

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
				防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
				緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ			
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
緩和		主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
		防止	圧力抑制室内空気温度					

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉水位（広帯域）							
○	防止	原子炉水位（燃料域）							
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	防止	原子炉圧力容器温度							
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 消火
溢水発生区画	: T-B1F-1
溢水源	: 消火水
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 54
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○
				防止	なし			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)					
		緩和	(海水ポンプ室)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					



表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○		
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
防止			燃料取替エリア放射線モニタ							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
防止	（燃料プール冷却浄化系）									
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）			
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）					
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）					
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
防止			高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
防止				ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
	緩和	ドライウエル温度						
	緩和	ドライウエル圧力						
	緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	緩和		圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
○	防止	原子炉水位（燃料域）								
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
				緩和	ドライウェル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール監視カメラ					
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○	
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○	

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
被ばく線量の低減	○	緩和	なし							
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 消火
溢水発生区画	: T-B1F-2
溢水源	: 消火水
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 54
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○		
			防止	自動減圧系						
			防止	原子炉隔離時冷却系						
			防止	（原子炉隔離時冷却系）						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高压炉心スプレイ系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（高压炉心スプレイ系）					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	原子炉隔離時冷却系					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系					
防止			制御棒							
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	（主蒸気逃がし安全弁）			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	（主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ）					
		○		防止	（主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ）					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	高压窒素ガス供給系（非常用）による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			（主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ）							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	（主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ）			○		
				防止	（HPCS 注入隔離弁）					
	低压代替注水系（常設）（直流駆動低压注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	なし					
				防止	残留熱除去系（低压注水モード）					
	低压代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系（低压注水モード）					
				防止	残留熱除去系（低压注水モード）					
	残留熱除去系（低压注水モード）による低压注水	-		防止	残留熱除去系（低压注水モード）					
				防止	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
				防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	（残留熱除去系（低压注水モード））					
				防止	（残留熱除去系（低压注水モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	（残留熱除去系（低压注水モード））					
				防止	（残留熱除去系（低压注水モード））					
原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）	-	防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止	（貯留堰）							
非常用取水設備	-	防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
低压代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	（海水ポンプ室）							
		緩和	残留熱除去系（低压注水モード）							
低压代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低压注水モード）							
		緩和	残留熱除去系（低压注水モード）							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低压注水モード）							
		緩和	残留熱除去系（低压注水モード）							

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
防止			(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
			防止	（燃料プール冷却浄化系）					
			防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
			緩和	圧力抑制室圧力				
○		○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	圧力抑制室圧力					
		防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				



表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車			
				*2	気象観測設備			
				*2	なし			
				*2	なし			
				*2	非常用交流電源設備			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器（ページング）			
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 消火
溢水発生区画	: T-B2F-1
溢水源	: 消火水
溢水量(m <sup>3</sup> )	: 54
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
非常用取水設備	-	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○	
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
緩和			なし						
緩和			なし						
緩和			なし						
緩和			なし						
燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし						
		緩和	なし						
		緩和	なし						
		緩和	なし						
		緩和	なし						
		緩和	なし						
使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位						
		防止	燃料貯蔵プール水温度						
		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
		防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
		防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
		防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力（SA）			
防止		原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
	緩和	ドライウエル温度						
	緩和	ドライウエル圧力						
	緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度			○	
			防止	圧力抑制室圧力				
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	緩和		圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	圧力抑制室圧力				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル温度			○	
			防止	ドライウエル圧力				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度			○	
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
		緩和		圧力抑制室水位				
		緩和		原子炉水位（広帯域）				
		緩和		原子炉水位（燃料域）				
		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
		緩和		原子炉圧力容器温度				
		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							



表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

## 2.8 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では、地震起因による溢水として、地震により破損する機器（配管、容器等）を溢水源として考慮し、防護すべき設備（溢水防護対象設備）が溢水の影響によって要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。

地震に起因する没水影響評価結果を表 2.8-1 に示す。

なお、本資料では溢水防護区画を内包する建屋内における評価結果のみを記載し、溢水防護区画を内包する建屋外に設置・保管される設備に対する評価については、「8.2 屋外タンクからの溢水影響評価について」に記載する。

表 2.8-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ

評価種別	地震
溢水発生区画	全域
溢水源	基準地震動 Ss による地震力に対して耐震性が確保されていない系統
溢水量 (m <sup>3</sup> )	-

総合判定	○
------	---

備考：

総合判定	○
------	---

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
自動減圧系	残留熱除去系				低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系							
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	-	H系	-	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設										使用済燃料プール				中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能					監視機能		冷却機能			給水機能		中央制御室	中央制御室換気空調系		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

## 2.9 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では、地震に起因する溢水による没水影響評価について記載する。

防護方針については、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について」“2.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”にて示した方針とする。

評価方針及び評価水位については、「2.8 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）」と同じとする。

地震に起因する没水影響評価結果を表 2.9-1 に示す。

なお、本資料では溢水防護区画を内包する建屋内における評価結果のみを記載し、溢水防護区画を内包する建屋外に設置・保管される設備に対する評価については、「8.2 屋外タンクからの溢水影響評価について」に記載する。

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別：地震

溢水発生区画：全域

溢水源：基準地震動 Ss による地震力に対して耐震性が確保されていない系統

溢水量 (m)：—

総合判定

○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
				防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低压注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低压注水モード) による低压注水	-	防止	(残留熱除去系 (低压注水モード))			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	-	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			○		
			防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○		
			防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	-	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			○		
			防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	-	防止	(取水口)			○		
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)			○			
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)			○			
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○			
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	×		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）				
				防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ				
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
防止			（軽油タンク）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					



表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
	緩和		ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力					
	緩和		圧力抑制室圧力					
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
緩和		主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				○		
	○		防止	原子炉水位（燃料域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器 除熱	代替循環冷却系	×	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—			
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

### 3.1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価について

#### 1. 被水影響評価方針

本資料では，想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価について記載する。

被水影響評価については，評価ガイドに基づく以下の項目を踏まえ，溢水が発生した際に要求される機能が損なわれないことを評価する。

- ① 評価対象区画に流体を内包する機器が設置されている場合は，防護対象設備に対し被水防護措置がなされていることを確認する。
- ② 評価対象区画に流体を内包する機器が設置されていない場合は，天井面に開口部又は貫通部が存在しないことを確認する。
- ③ 評価対象区画に流体を内包する機器が設置されておらず，かつ，天井面に開口部又は貫通部が存在する場合は，当該開口部及び貫通部に密封処理等の流出防止対策がなされていることを確認する。
- ④ 評価対象区画に流体を内包する機器が設置されておらず，天井面に開口部又は貫通部が存在し，かつ，当該開口部及び貫通部に密封処理等の流出防止対策がなされていない場合にあつては，防護対象設備に対し被水防護措置がなされていることを確認する。
- ⑤ ①～④を満足しない場合は，防護対象設備が，防滴仕様であることを確認する。
- ⑥ 中央制御室及び現場操作が必要な設備へのアクセス通路にあつては，必要に応じて環境の温度，放射線量を考慮しても接近の可能性が失われないことを確認する。

上記，①～⑥を満足しない場合には，防護対象設備の機能は期待できないものとする。

これら条件を考慮した被水影響評価フローを図 3.1-1 に示す。設計基準対象施設及び重大事故等対処設備は設置場所，可搬型重大事故等対処設備は保管場所にて評価を実施する。

なお，防滴仕様の設備とは，JIS C 0920 「電気機械器具の外郭による保護等級（IPcode）」に規定される IP 等級の第二等級 4 以上の機器又はこれ相当に該当する設備とする。

被水影響評価の個別機器に対する評価結果については，添付書類「VI-1-1-8-4 溢水影響に関する評価」に示す。

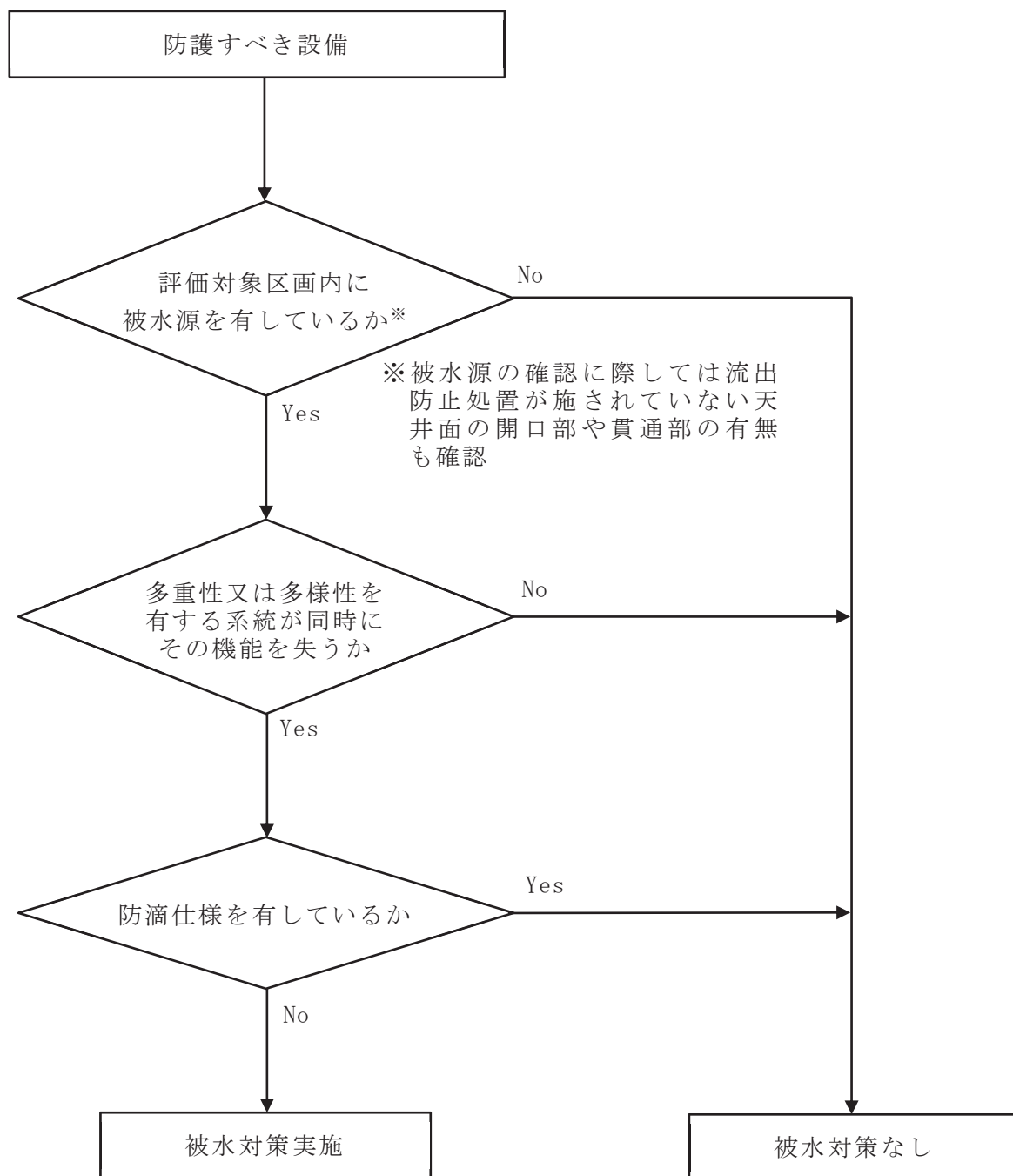


図 3.1-1 被水影響評価フロー

2. 防滴仕様を有する設備の保護等級について

電気機器の防滴性能は、IEC 規格 60529 に基づいて規定された保護等級表示 = IP (International Protection) で表され、表 3.1-1 に示すような表記で第二特性の数字により定義される。



# IP 6 7

保護特性記号      第一記号      第二記号

第一記号：(人体及び固形異物に対する保護等級 0～6)

第二記号：(水の浸水に対する保護等級 0～8)

表 3.1-1 第二特性数字で示される水に対する保護等級

第二特性 数字	保護等級		試験条件 適用試験簡条
	要約	定義	
0	無保護	—	—
1	鉛直に落下する水滴に対して保護する。	鉛直に落下する水滴によっても有害な影響を及ぼしてはならない。	14.2.1
2	15 度以内で傾斜しても鉛直に落下する水滴に対して保護する。	外郭が鉛直に対して両側に 15 度以内で傾斜したとき、鉛直に落下する水滴によっても有害な影響を及ぼしてはならない。	14.2.2
3	散水 (spraying water) に対して保護する。	鉛直から両側に 60 度までの角度で噴霧した水によっても有害な影響を及ぼしてはならない。	14.2.3
4	水の飛まつ (splashing water) に対して保護する。	あらゆる方向からの水の飛まつによっても有害な影響を及ぼしてはならない。	14.2.4
5	噴流 (water jet) に対して保護する。	あらゆる方向からのノズルによる噴流水によっても有害な影響を及ぼしてはならない。	14.2.5
6	暴噴流 (powerfull jet) に対して保護する。	あらゆる方向からのノズルによる強力なジェット噴流水によっても有害な影響を及ぼしてはならない。	14.2.6
7	水に浸しても影響がないように保護する。	規定の圧力及び時間で外郭を一時的に水中に沈めたとき、有害な影響を生じる量の水の浸入があってはならない。	14.2.7
8	潜水状態での使用に対して保護する。	関係者間で取り決めた数字 7 より厳しい条件下で外郭を継続的に水中に沈めたとき、有害な影響を生じる量の水の浸入があってはならない。	14.2.8

JIS C 0920 「電気機械器具の外郭による保護等級 (IPcode)」より抜粋

### 3.2 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では、想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価に関して、「3.1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価」にて示した評価手法により、防護すべき設備（溢水防護対象設備）に対する評価結果を示す。

防護すべき設備（溢水防護対象設備）を設置する建屋及びエリアは以下のとおり。

- ・原子炉建屋
- ・制御建屋
- ・復水貯蔵タンクエリア
- ・軽油タンクエリア
- ・タービン建屋

各建屋の評価結果は、表 3.2-1 に示す。

ただし、海水ポンプ室エリアについては屋外であり、各設備は屋外仕様であることから被水影響はない。

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-3F-1
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	残留熱除去系				自動減圧系	逃がし安全弁		
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室						
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系							残留熱除去系
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	×	×	×	○	×	×	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-3F-7
溢水源	HNCW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	63

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
○	○	○	○	○	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系			
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2-6
溢水源	小口径配管
溢水量 (m <sup>3</sup> )	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	-	H系	-	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2-5
溢水源	小口径配管
溢水量 (m <sup>3</sup> )	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	-	H系	-	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
区分	A系	B系	A系	A系	B系	-	A系	B系	A系	B系	○	○
判定	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-1-3
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	残留熱除去系				自動減圧系	残留熱除去系	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-1-2
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	電線管接続部等にコーキング処理等処置対策実施 ・非常用ガス処理系フイラ装置 (T46-D002) ・非常用ガス処理系フイラ装置出口弁 (B) (T46-F003B)
----	--

原子炉施設												
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能	
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ					
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	-	H系	-	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系			
区分	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系			
判定	○	○	○	○	○	○	○	○			



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-1-1
溢水源	小口径配管
溢水量 (m <sup>3</sup> )	-

総合判定	○
------	---

備考：

低温停止機能	○
--------	---

原子炉施設													
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
○	○	○	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	ほう酸水注入系	ほう酸水注入系	ほう酸水注入系	ほう酸水注入系	ほう酸水注入系	ほう酸水注入系	ほう酸水注入系	ほう酸水注入系	残留熱除去系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	C系	H系	H系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-3-1
溢水源	MUWC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	150

総合判定	○
------	---

備考	ダクト接続部等にコーキング処理対策実施 ・ CAMS (A) 室空調機 (V10-D112) ・ CAMS (B) 室空調機 (V10-D113)
----	---

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
○	○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	H系	—	—	A系	B系	
判定	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	○		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系		
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	○	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系		
区分	A系	B系	A系	○	A系	A系	—	A系	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-3
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	ダクト接続部等にコーキング処理対策実施 ・ CAMS (A) 室空調機 (V10-D112) ・ CAMS (B) 室空調機 (V10-D113)
----	---

原子炉施設											
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ				
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	—	—	A系	A系
判定	○	○	×	×	×	○	○	×	×	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系
区分	A系	A系	B系	A系	A系	—	A系	A系	A系	B系	B系
判定	×	×	×	×	×	○	×	×	×	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2-1
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	ダクト接続部等にコーキング処理対策実施 ・ CAMS (A) 室空調機 (V10-D112) ・ CAMS (B) 室空調機 (V10-D113)
----	---

原子炉施設											
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ				
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	—	—	A系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2
溢水源	FPC
溢水量 (m³)	150

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系				自動減圧系	自動減圧系	自動減圧系
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール				中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室	
	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2-2
溢水源	MUWC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	150

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系				自動減圧系	逃がし安全弁	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	B系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2-3
溢水源	MUWC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	150

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2-4
溢水源	MUWC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	150

総合判定	○
------	---

備考	ダクト接続部等にコーキング処理対策実施 ・ CAMS (A) 室空調機 (V10-D112) ・ CAMS (B) 室空調機 (V10-D113)
----	---

原子炉施設												
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能	
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ					
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	○	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	—	—	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
区分	A系	A系	A系	A系	A系	—	A系	A系	A系	B系	○	○
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-1
溢水源	FDW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	476

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系		
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-3
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	×	×	×	○	×	×	○	×	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-12
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設													
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○	×
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	—	—	—	—
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	—	—	—	—
判定	○	×	○	○	×	×	○	○	×	○	×	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-10
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	-	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール		燃料プール		中央制御室		中央制御室	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系				燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	換気空調系		
系統機器	水圧制御ユニット	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-1
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系
判定	×	○	×	×	○	×	○	×	○	×	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-11
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系				
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系		
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	—	B系	A系	A系	A系
判定	○	×	○	×	×	○	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-2
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	自動減圧系			残留熱除去系		
機能判定	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	—	A系	B系	A系	B系	A系
判定	○	×	○	×	×	○	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-5
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	ダクト接続部等にコーキング処理対策実施 ・ CAMS (A) 室空調機 (V10-D112) ・ CAMS (B) 室空調機 (V10-D113)
----	---

原子炉施設													
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	—	H系	—	A系	A系
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系
判定	×	×	×	×	×	×	×	×	×	×	×



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-3
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
○	○				○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	B系	A系	B系	A系	B系	B系
判定	×	○	×	×	×	×	○	×	×	×	×	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-4
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	○	×	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-7
溢水源	FPC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	160

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	中央制御室			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール浄化系		燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系					
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール浄化系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-6
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	○	×	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-MB1F-2
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定	○
------	---

備考	電線管接続部等にコーキング処置対策実施 ・HPCS 注入隔離弁 (E22-F003)
----	---

原子炉施設												
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系		
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	—	—	A系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール							
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能	給水機能	中央制御室						
	隔離弁機能	非常用ガス処理系					燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系		
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	A系	A系	A系	A系	—	A系	A系	B系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-MB1F-4
溢水源	LPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	266

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	B系	H系	H系	—	H系	A系	B系
判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能				
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系			
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	○
判定	○	×	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-BIF-3
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																		
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能					
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ					原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
自動減圧系	残留熱除去系				低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系							
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○				
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	—	A系	B系			
判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	×	×	○	×	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	×	○	×	×	○	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-BIF-3-2
溢水源	FDW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	476

総合判定	○
------	---

備考：電線管接統部等にコーキング処置対策実施  
 ・RCICポンプ/ニヤマフロロー弁 (E51-F015)  
 ・RHR B系停止時冷却吸込第二階離弁 (E11-F016B)  
 ・RHR B系停止時冷却注入階離弁 (E11-F018B)  
 ・RHRポンプ(B)ニヤマフロロー弁 (E11-F024B)  
 ・FCGSポンプ(CST)ニヤマフロロー弁 (E22-F012)  
 ・RHR A系停止時冷却吸込階離弁 (E11-F011A)  
 ・RHR A系停止時冷却注入階離弁 (E11-F016A)  
 ・RHR A系停止時冷却注入階離弁 (E11-F018A)  
 ・RHR A系停止時冷却注入階離弁 (E11-F024A)  
 ・RCIC注入弁 (E51-F003)  
 ・RCICタービン排気ライン階離弁 (E51-F011)

原子炉施設

安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
			区分I		区分II		区分III								
			自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系				高圧炉心スプレイ系	隔離時冷却系		
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○					
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	隔離時冷却系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	B系	H系	—	—	A系	B系	
判定	○	○	○	×	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設

安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	使用済燃料プール		中央制御室
	閉じ込め機能			冷却機能	給水機能	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	
○	○	○	○	○	○	○
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系
判定	○	○	×	○	○	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-BIF-1
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にコーキング処置対策実施  
 ・HPCS 注入隔離弁 (E22-F003)

原子炉施設													
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	×	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-BIF-5
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系 <td>燃料プール冷却浄化系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td></td></td></td></td>	燃料プール冷却浄化系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td></td></td></td>	残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td></td></td>	燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td></td>	残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td>	燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td>	残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td>	中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td>	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-BIF-2
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																			
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能						
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ					原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○	○

原子炉施設														
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能		使用済燃料プール			給水機能	中央制御室			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系		中央制御室換気空調系	A系 <th>B系 </th>	B系	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-6-1
溢水源	CUW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	139

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にコーキング処置対策実施  
 ・RHR B系停止時冷却吸込第二隔離弁 (E11-F016B)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F018B)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F024B)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F011A)  
 ・RHR A系停止時冷却吸込第一隔離弁 (E11-F016A)  
 ・RHR A系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F018A)  
 ・RHR A系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F024A)  
 ・RHR B系 S/C スプレイ隔離弁 (E11-F011B)  
 ・RHR B系 S/C スプレイ隔離弁 (E51-F011)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F011A)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F018A)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F024A)  
 ・RHR B系 S/C スプレイ隔離弁 (E11-F011B)  
 ・RHR B系 S/C スプレイ隔離弁 (E51-F011)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F011A)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F018A)  
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F024A)  
 ・RHR B系 S/C スプレイ隔離弁 (E11-F011B)  
 ・RHR B系 S/C スプレイ隔離弁 (E51-F011)

原子炉施設

安全機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能					
			区分 I		区分 II		区分 III									
			自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系				高圧炉心スプレイ系	隔離時冷却系			
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○						
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	隔離時冷却系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	B系	H系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	×	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設

安全機能判定	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール				中央制御室	
			冷却機能		給水機能			
			燃料プール冷却浄化系	燃料プール残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール残留熱除去系		
○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	○	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-4
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉			
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	B系	H系	—	A系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	×	×	○	×	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	B系	A系	A系	B系	B系	B系
判定	○	×	○	○	×	×	×	○	○	×	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別：	被水
溢水発生区画：	R-B2F-F-6-2
溢水源：	RCW（常用系）
溢水量（m <sup>3</sup> ）：	265

総合判定	○
------	---

備考：	
-----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	○		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系			
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	—	B系	A系	B系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-1
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ					原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
自動減圧系	残留熱除去系				低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	自動減圧系	残留熱除去系				
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系		
判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	×	×	○	×	○	×	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-5
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系				
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○	○
区分	A系	B系	A系	A系	—	A系	A系	A系	A系	B系	○	○	○
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-2
溢水源	LPCS
溢水量 (m³)	266

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にコーキング処置対策実施  
 ・LPCS 注入隔離弁 (E21-F001)

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイス系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイス系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイス系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイス系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイス系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイス系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイス系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能			冷却機能			給水機能			中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	A系	B系
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	A系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-3
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール補給水系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室
	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系										
系統機器	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-6
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ					原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系
水圧制御ユニット	ほう酸水注入系					自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	H系	H系	-	A系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設										使用済燃料プール						中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能				中央制御室換気空調系	A系	B系	○	○	○	○	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	A系	B系								A系
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○	○	○	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-2
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	B系	H系	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-3
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	電線管接続部等にコーキング処理処置対策実施 ・RHR ポンプ (A)S/C 吸込弁 (E11-F001A)
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	×	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	A系	B系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	—						
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	A系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	×	×	○	×	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-6
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	電線管接続部等にコーキング処理処置対策実施 ・RHR ポンプ (B)S/C 吸込弁 (E11-F001B)
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	—	B系	C系	H系	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	×	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-7
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にコーキング処理処置対策実施  
 ・RHR ポンプ (C)S/C 吸込弁 (E11-F001C)

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系				
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	○	×

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系
	○	○									
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系	
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	B系	A系	A系	B系	
判定	○	×	×	○	×	○	×	×	×	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-1
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系						
機能判定	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-8
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系				自動減圧系	逃がし安全弁	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	B系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

原子炉施設										使用済燃料プール			中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能					監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	中央制御室	
	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系		燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系			燃料プール補給水系
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	A系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-4
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	電線管接続部等にコーキング処理処置対策実施 ・ LPCSS/C 吸込弁 (E21-F001)
----	---

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	×	×	×	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-5
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	B系	H系	H系	—	H系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-15
溢水源	HPCS
溢水量 (m³)	399

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系			
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○	○
区分	A系	B系	A系	A系	—	A系	B系	A系	B系	A系	B系	○	○
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-9
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系	自動減圧系	自動減圧系			自動減圧系	逃がし安全弁	残留熱除去系
機能判定	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設										使用済燃料プール			中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系	A系	B系	○	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系	A系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-6, R-1F-8, R-MB1F-3, R-B1F-14
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系				
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○ <th rowspan="2">○ </th>	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	×	×	○	×	×	○	×	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-2, R-1F-9, R-MB1F-1, R-B1F-13
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	×	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-5, R-1F-7-1
溢水源	SLC
溢水量 (m³)	65

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設													
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	○
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-7, R-B3F-10
溢水源	HPCS
溢水量 (m <sup>3</sup> )	399

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にローキキング処置対策実施  
 ・RCICポンプ/ミニマムフロー弁 (E51-F015)  
 ・RHR B系停止時冷却吸込第二隔離弁 (E11-F016B)  
 ・RHR B系停止時冷却注入隔離弁 (E11-F018B)  
 ・RHRポンプ (B) ミニマムフロー弁 (E11-F024B)  
 ・RHRポンプ (C) ミニマムフロー弁 (E11-F024C)  
 ・RHR A系停止時冷却吸込第一隔離弁 (E11-F016A)  
 ・RHR A系停止時冷却注入隔離弁 (E11-F018A)  
 ・RHRポンプ (A) ミニマムフロー弁 (E51-F003)  
 ・RHR B系 S/C スプレイ隔離弁 (E11-F011B)  
 ・RCIC注入弁 (E51-F003)  
 ・RCICタービン排気隔離弁 (E51-F011)

原子炉施設

安全機能 機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時 注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能
			区分 I		区分 II		区分 III				
			自動減 圧系	残留熱 除去系	低圧炉 心スプ レイ系	自動減 圧系	残留熱 除去系	高圧炉 心スプ レイ系			
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統 機器	水圧制御 ユニット	水圧制御 ユニット	ほう酸水 注入系	高圧炉 心スプ レイ系	自動減 圧系	残留熱 除去系	高圧炉 心スプ レイ系	高圧炉 隔離時 冷却系	逃がし 安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	-	A系	B系
判定	○	○	○	×	○	○	×	○	○	○	○

原子炉施設

安全機能 機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	使用済燃料プール						中央制御室	
			監視機能		冷却機能		給水機能			
			事故時計装系	燃料プール 冷却浄化系	燃料プール 残留熱除去系	燃料プール 補給水系	燃料プール 残留熱除去系	中央制御室 換気空調系		
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統 機器	非常用ガス 処理系	可燃性ガス 濃度制御系	燃料プール 冷却浄化系	燃料プール 残留熱除去系	燃料プール 補給水系	燃料プール 残留熱除去系	燃料プール 残留熱除去系	中央制御室 換気空調系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M3F-3-1
溢水源	HNCW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	63

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	×	×	○	○	×	○	×	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-18
溢水源	DGDO (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	×	○	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系		
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系
判定	○	×	○	○	×	×	○	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-19
溢水源	DGDO (H)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール補給水系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室
	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系										
系統機器	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-9, R-2F-11
溢水源	HNCW
溢水量 (m <sup>3</sup> )	63

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系		
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系
判定	○	×	○	○	×	×	○	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-8-1
溢水源	HWH
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系				
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○ <th rowspan="2">× </th>	×
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	A系	—	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	×	×	○	×	×	○	×	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-8
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																			
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能						
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ										
自動減圧系	残留熱除去系				低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○					
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	H系	-	A系	B系			
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	×	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	-	A系	A系	B系	○	×
判定	○	×	○	○	×	×	×	○	○	×	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-7
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	B系	H系	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-7-1
溢水源	HWH
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	C系	B系	H系	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系			
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-13-1
溢水源	小口径配管
溢水量 (m <sup>3</sup> )	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	-	H系	A系	B系		
判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	×	○	○	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	-	B系	A系	B系	A系	B系	
判定	×	○	×	×	×	○	○	×	×	○	×	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-6
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系
判定	×	○	×	×	○	×	×	×	×	×	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-6-1
溢水源	HWH
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	残留熱除去系				自動減圧系	残留熱除去系	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	H系	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	○	×	○	×	×	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	×	○	○	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-12-1
溢水源	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
○	○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○	○	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室									
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能									
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-5
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設													
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ					
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	A系	A系
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室	燃料プール補給水系	残留熱除去系	A系	B系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	A系						
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室	燃料プール補給水系	残留熱除去系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	○	×	×	×	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-4, R-2F-16-1
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
○	○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	×	×	○	○	×	○	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室									
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能									
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	○	○	×	×	×	×	○	○	×	○	○	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-17
溢水源	DGD0(A)
溢水量 (m³)	23

総合判定	○
------	---

備考：

総合判定	○
------	---

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	H系	A系	B系		
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	○	×	○	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	B系	A系	B系	A系	B系	
判定	×	○	×	×	×	○	○	×	×	○	×	○	



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-9
溢水源	DGDO (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
自動減圧系	残留熱除去系				低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	B系	A系	B系	A系	B系	B系
判定	○	×	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-8
溢水源	小口径配管
溢水量 (m <sup>3</sup> )	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設												
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能	
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ					
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	—	H系	A系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール			中央制御室			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系				燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	換気空調系			
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	A系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-16
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	原子炉隔離時冷却系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	×	○	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	B系
判定	○	×	○	○	×	×	○	○	×	○	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-15
溢水源	HPCW
溢水量 (m³)	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系						
系統機器	水圧制御ユニット	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-15-1
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
機能判定	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	-	H系	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能			冷却機能			給水機能			中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	A系	B系
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	A系	A系	B系	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-14
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	×	○	○	×	×	○	○	○	○	×	○	○	○	×	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系			
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系
判定	×	○	×	○	×	○	×	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-13-1
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系				原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	×	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系				
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	B系
判定	×	○	×	×	×	×	×	×	×	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-13
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系						
機能判定	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	×	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室						
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系	
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系							
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	○	×	×	×	○	×	×	×	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別：	被水
溢水発生区画：	R-1F-17
溢水源：	RCW (常用系)
溢水量 (m <sup>3</sup> ):	265

総合判定	○
------	---

備考：	
-----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系				原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能			冷却機能			給水機能			中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-BIF-11
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	○	×	○	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	B系	A系	B系
判定	○	×	○	○	×	○	×	○	×	×	○	○	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-BIF-8
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁			残留熱除去系	
○	○	○	○	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	○
判定	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-BIF-7
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系				自動減圧系	逃がし安全弁	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	B系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	○	×	○	×	×	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	×	○	×	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-9
溢水源	RCW (常用)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設													
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	—	H系	—	A系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	—	A系	A系	B系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-10
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系				
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系						
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-8
溢水源	HNCW
溢水量 (m³)	63

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	×	○	○	×	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
区分	A系	B系	A系	A系	—	A系	B系	A系	B系	A系	B系	○
判定	○	×	○	×	×	○	×	○	×	○	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-14
溢水源	RSW (B)
溢水量 (m³)	358

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	×	○	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能	中央制御室換気空調系				
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系						
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系			
判定	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-13
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	A系	B系	A系	B系	○
判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-12
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系	自動減圧系			自動減圧系	自動減圧系
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	H系	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設										使用済燃料プール				中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能					監視機能		冷却機能			給水機能			中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-11
溢水源	RSW (A)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	358

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	残留熱除去系				高圧炉心スプレイ系	自動減圧系		
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系	残留熱除去系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-3F-4
溢水源	衛生
溢水量 (m <sup>3</sup> )	68

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系				自動減圧系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系			
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系			
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系	B系	A系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-3F-3
溢水源	FP
溢水量 (m³)	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系 <td>燃料プール冷却浄化系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td></td></td></td></td>	燃料プール冷却浄化系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td></td></td></td>	残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td></td></td>	燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td></td>	残留熱除去系 <td>燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td></td>	燃料プール補給水系 <td>残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td></td>	残留熱除去系 <td>中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td> </td>	中央制御室換気空調系 <td>A系</td> <td>B系</td>	A系	B系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-2F-7
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																		
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能					
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系				自動減圧系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	中央制御室	
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール浄化系		燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系			残留熱除去系
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-2F-8
溢水源	衛生
溢水量 (m <sup>3</sup> )	68

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系				
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系						
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-2F-6
溢水源	衛生
溢水量 (m³)	68

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
○	○	○	○	○	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
区分	A系	B系	A系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	○	○
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-2F-3
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系					
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-1F-4
溢水源	衛生
溢水量 (m³)	68

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設										使用済燃料プール			中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能	冷却機能		給水機能			中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系				
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-1F-1
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系				自動減圧系	逃がし安全弁
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	H系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能					
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系				
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-1F-2
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系			
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-1F-3
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系	自動減圧系	自動減圧系			自動減圧系	逃がし安全弁
機能判定	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系		自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系		残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	—	H系	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能			冷却機能			給水機能			中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-MB1F-1
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系			
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	H系	-	A系	B系
判定	○	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	×	×	○
													A系	B系
													×	○
													×	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系											
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	×	×	×	×	×	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-BIF-9
溢水源	衛生
溢水量 (m <sup>3</sup> )	68

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能									原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能			冷却機能			給水機能			中央制御室			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系						
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系						
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	—	B系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-BIF-8
溢水源	FP
溢水量 (m³)	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系			
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設					使用済燃料プール					中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系										
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
区分	A系	B系	A系	A系	A系	—	A系	B系	A系	B系	○	○
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-BIF-4
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	自動減圧系			残留熱除去系	
機能判定	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	-	H系	-	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系
判定	○	×	○	○	×	×	×	○	×	×	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	R
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にコーキング処理又は被水防護カバー対策実施  
 ・中央制御室再循環フィルタ装置 (V30-D201)  
 ・中央制御室少量外気取入ダンパ (B) (V30-D301B)  
 ・中央制御室再循環フィルタ装置入口ダンパ (B) (V30-D302B)  
 ・中央制御室外気取入ダンパ (後) (V30-D304)

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系
				判定	○	○	○	×	×	×	○			
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	B系	C系	—	H系	—	A系	B系
判定	○	○	×	×	○	×	○	○	○	×	○	×	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室					
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系				
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-BIF-2
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系			
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	原子炉隔離時冷却系	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	-	A系	A系	B系
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	○	×	×	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	残留熱除去系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	-	A系	A系	B系	B系	B系
判定	×	○	×	×	○	○	×	×	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-MB2F-1
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にコーキング処置又は被水防護カバー対策実施  
 ・ 中央制御室再循環フィルタ装置 (V30-D201)  
 ・ 中央制御室少量外気取入ダンパ (B) (V30-D301B)  
 ・ 中央制御室再循環フィルタ装置入口ダンパ (B) (V30-D302B)  
 ・ 中央制御室外気取入ダンパ (後) (V30-D304)

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能					
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ									
○	○	○	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○	○	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	B系	
判定	○	○	×	×	×	○	○	○	○	×	○	×	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	可燃性ガス濃度制御系	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	A系	B系	—	A系	B系
判定	×	○	×	○	×	○	×	○	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-B2F-6
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	-	H系	-	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	A系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-B2F-2
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																			
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能						
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ										
自動減圧系	残留熱除去系				低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○					
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	水圧制御ユニット	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系				
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	H系	-	A系	B系			
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	×	×	○	○	×	○	×	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	B系	A系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	×	×	×	○	○	×	×

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-B2F-4
溢水源	MSC
溢水量 (m <sup>3</sup> )	22

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系				自動減圧系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	残留熱除去系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	原子炉心スプレイ系	自動減圧系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	H系	C系	H系	H系	-	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール補給水系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系										
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-B2F-1
溢水源	FP
溢水量 (m <sup>3</sup> )	207

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にコーキング処置又は被水防護カバー対策実施  
 ・中央制御室再循環フイラタ装置 (V30-D201)  
 ・中央制御室少量外気取入ダンパ (B) (V30-D301B)  
 ・中央制御室再循環フイラタ装置入口ダンパ (B) (V30-BIF-3-2RD302B)  
 ・中央制御室外気取入ダンパ (後) (V30-D304)

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
				A系	A系	A系	B系	B系	H系	H系	H系				A系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	B系	—	—	H系	A系	B系	A系	B系
判定	○	○	×	○	×	×	○	○	×	×	○	×	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室						
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系					
系統機器	A系	B系	A系	A系	B系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	A系	B系	—	—	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	○	×	×	○	○	×	○	×	○





表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	C-B2F-3
溢水源	小口径配管
溢水量 (m³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ							
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	-	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能			給水機能			中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系				
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系						
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	CST-1
溢水源	MUWC
溢水量 (m³)	153

総合判定	○
------	---

備考：

低温停止機能	○
--------	---

原子炉施設														
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能	
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉			
○	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	○	○
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	B系	H系	—	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	A系	B系	○
区分	A系	B系	A系	A系	A系	—	A系	A系	B系	A系	B系	○
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	LOT-1
溢水源	DGDO (A)
溢水量 (m³)	23

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系					
○	○	○	○	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○		
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	×	○	×	×	○	○	○	○	×	○	○	○	×	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	A系	B系	A系	B系
	隔離弁機能	非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系					
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	—	—	—	—
区分	A系	B系	A系	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	A系	B系
判定	×	○	×	×	○	×	×	×	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	LOT-2
溢水源	DGDO (B)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ	区分Ⅱ	区分Ⅲ	原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	自動減圧系			残留熱除去系		
機能判定	○	○	○	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	区分Ⅲ自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○	×

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室				
安全機能機能判定	閉じ込め機能		監視機能	冷却機能		給水機能		中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系		燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系					
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	A系
判定	○	×	○	○	×	×	○	○	×	○	×	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	LOT-3
溢水源	DGDO (H)
溢水量 (m <sup>3</sup> )	23

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
○	○				○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系		
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	—	H系	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系
	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系										
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	緊急停止機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	RW-2-4
溢水源	HWH
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考：

低温停止機能	○
--------	---

原子炉施設															
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能				
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ								
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高压炉心スプレイ系	自動減圧系	高压炉心スプレイ系	原子炉隔離時冷却系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	—	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設						使用済燃料プール						中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能			監視機能	冷却機能	給水機能	燃料プール		燃料プール		燃料プール		中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系				燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
系統機器	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
区分	A系	B系	A系	A系	B系	B系	A系	A系	B系	B系	B系	A系	A系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	タービン建屋全域
溢水源	基準地震動 Ss による地震力に対して耐震性が確保されていない系統
溢水量 (m <sup>3</sup> )	6003

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系		区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ						
原子炉	原子炉			原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉	原子炉
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	A系	B系	C系	H系	H系	—	—	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設													中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能						使用済燃料プール						給水機能			
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	監視機能	冷却機能		給水機能		燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室	
燃料プール冷却浄化系								燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系						
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	監視機能	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室換気空調系	中央制御室	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	—	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○



### 3.3 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では、想定破損により生じる溢水からの被水影響評価に関して、「3.1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価」にて示した評価手法により、全ての区画における防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。なお、各区画の溢水源については、「3.2 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（溢水防護対象設備）」と同じとする。

重大事故等対処設備に対する被水影響評価は、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について」“2.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”に記載する評価方針に則り評価を実施する。

防護すべき設備（重大事故等対処設備）の想定破損により生じる被水影響評価結果について、原子炉建屋，制御建屋，復水貯蔵タンクエリア，軽油タンクエリア及び緊急時対策建屋の評価結果を表 3.3-1 に示す。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-3F-1
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
		防止	制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
				防止	なし					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)							
		緩和	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	なし						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	×	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		緩和	なし					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
				防止	燃料貯蔵プール水位	○				
				防止	燃料貯蔵プール水温度	○				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）	○				
燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度	○						
		防止	燃料交換フロア放射線モニタ	○						
		防止	燃料取替エリア放射線モニタ	○						
		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ	○						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	（燃料プール冷却浄化系）							
使用済燃料プールの監視	×	防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止								
		防止								
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
防止			（非常用直流電源設備）							
防止			（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
			防止	原子炉圧力容器温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
	防止	原子炉圧力											
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位				○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）								
緩和				原子炉水位（燃料域）									
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）									
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）									
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）									
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）									
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
		○		緩和	サブプレッションプール水温度				
				緩和	圧力抑制室水位				
		○		緩和	原子炉水位（広帯域）				
				緩和	原子炉水位（燃料域）				
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
				緩和	原子炉压力容器温度				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-3F-7
溢水源	: HNCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
				防止	燃料貯蔵プール水位			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
防止			燃料取替エリア放射線モニタ					
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		原子炉格納容器内の温度		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器		
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				○
防止				圧力抑制室圧力					
防止		主要パラメータの他の検出器							
緩和		圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		ドライウエル温度						
	防止		ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-1-1
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和			復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	圧力抑制室圧力						
		防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○
	○	防止		サブプレッションプール水温度						
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度						
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量						
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
	○	防止	圧力抑制室水位							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○	
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○		
○	防止	ドライウエル圧力								
○	防止	圧力抑制室圧力								
○	防止	ドライウエル温度						○		
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力						○		
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力						○		
○	防止	原子炉圧力（SA）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
										○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水	総合判定 ○
溢水発生区画	: R-2F-1-2	
溢水源	: 25A 以下の配管	
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
防止			(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）				
防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				緩和	緩和	○	○	緩和	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
				緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
	緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし								
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-1-3
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
	防止	原子炉圧力											
	防止	原子炉圧力（SA）											
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○				
防止				原子炉水位（広帯域）									
防止				原子炉水位（燃料域）									
防止				原子炉水位（SA 広帯域）									
防止				原子炉水位（SA 燃料域）									
防止				復水貯蔵タンク水位									
防止				原子炉水位（広帯域）									
防止				原子炉水位（燃料域）									
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○					
			防止	原子炉水位（広帯域）									
			防止	原子炉水位（燃料域）									
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位				○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				○					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
						防止	ドライウエル水位			
						防止	ドライウエル温度			
						防止	ドライウエル圧力			
						防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
						緩和	ドライウエル水位			
						緩和	ドライウエル温度			
						緩和	ドライウエル圧力			
						緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和					原子炉格納容器下部水位				
	緩和					ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
						防止	ドライウエル圧力			
防止						圧力抑制室圧力				
○		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
○		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			
						防止	主要パラメータの他の検出器			
						防止	圧力抑制室内空気温度			
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	圧力抑制室圧力				
					防止	ドライウエル温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力		○		
					防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水	総合判定 ○
溢水発生区画	: R-2F-2	
溢水源	: FPC	
溢水量(m³)	: ー	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
防止			残留熱除去系(低压注水モード)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)					
		緩和	(海水ポンプ室)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
防止			(海水ポンプ室)							
防止			(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）		
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）				
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
	緩和		原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止		原子炉圧力							
	防止	原子炉水位（広帯域）									
	防止	原子炉水位（燃料域）									
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
	防止	原子炉圧力容器温度									
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○			
○	防止	ドライウエル圧力									
○	防止	圧力抑制室圧力									
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力					○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	防止	原子炉圧力									
	防止	原子炉圧力（SA）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
										○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水	
溢水発生区画	: R-2F-2-1	
溢水源	: 25A 以下の配管	総合判定
溢水量(m³)	: —	○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○	
	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	高圧炉心スプレイ系					
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)					
高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高圧炉心スプレイ系)							
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構					
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	自動減圧系					
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A					
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B					
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし					
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
○		緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-2-2
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
		防止	制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
				防止	なし					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉格納容器調気系							
		緩和	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○	緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉压力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉压力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
○	防止	原子炉水位（燃料域）								
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
				緩和	なし				
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト				○
				*2	放射能観測車の代替測定				
				*2	気象観測設備の代替測定				
				*2	放射線量の測定				
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング				
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
				防止	非常用交流電源設備				
				防止	非常用所内電気設備				
				緩和	なし				
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
燃料冷却	通信連絡（緊急時対策所）	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器（ページング）				
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—				
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○	○	—	—				
	低压注水	○	○	—	—				
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○
		○	○	—	—				

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-2-3
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)				
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-	防止	(残留熱除去系(低压注水モード))			○		
			防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))			○		
			防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○		
			防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-	防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))			○		
			防止	(貯留堰)					
非常用取水設備	-	防止	(取水口)			○			
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)			○			
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)			○			
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			○			
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和	原子炉水位（燃料域）							
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
防止				ドライウエル温度					
防止				ドライウエル圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
○		緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					○		
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
	○	防止	主要パラメータの他の検出器							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	ドライウェル圧力					○		
	○	防止	圧力抑制室圧力							
	○	防止	ドライウェル温度							
	○	防止	原子炉圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力 (SA)					○		
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
緩和	緩和	○	○					緩和	ドライウェル圧力							
緩和	緩和	○	○					緩和	圧力抑制室圧力							
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-2-4
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。）					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	-	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）)					
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）)							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和	原子炉水位（燃料域）							
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		サブプレッションプール水温度				
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		圧力抑制室内空気温度				
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○
防止				ドライウエル温度				
防止		ドライウエル圧力						
防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)								
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力							
		緩和	圧力抑制室圧力							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止		原子炉圧力							
	防止	原子炉水位（広帯域）									
	防止	原子炉水位（燃料域）									
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
	防止	原子炉圧力容器温度									
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○			
○	防止	ドライウェル圧力									
○	防止	圧力抑制室圧力									
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力					○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	防止	原子炉圧力									
	防止	原子炉圧力（SA）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-2-5
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
		防止	制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
				防止	なし					
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)					
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)					
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)					
				防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)					
原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)							
		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード)							
原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
非常用取水設備	-	防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)							
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	×		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能			○

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
防止			原子炉水位（広帯域）								
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
防止				圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	圧力抑制室圧力					
		防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	防止	圧力抑制室圧力				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	防止	原子炉圧力容器温度							
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-2-6
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	（原子炉隔離時冷却系）				
高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	（高圧炉心スプレイ系）						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	（主蒸気逃がし安全弁）				○
	高圧窒素ガス供給系（非常用）による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	（主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ）				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	（主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ）				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	（主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ）				○
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	（HPCS 注入隔離弁）				
	低圧代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	なし				
	残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	-		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）	-		防止	（残留熱除去系（低圧注水モード））				
	非常用取水設備	-		防止	（残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード））				
	低圧代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○		防止	（低圧炉心スプレイ系）				
	低圧代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		防止	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	×		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能			○

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
							防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
							防止	復水貯蔵タンク水位					
	防止	原子炉水位（広帯域）											
	防止	原子炉水位（燃料域）											
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
防止	原子炉水位（SA 燃料域）												
防止	復水貯蔵タンク水位												
防止	原子炉水位（広帯域）												
防止	原子炉水位（燃料域）												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位				○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		サブプレッションプール水温度				
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		圧力抑制室内空気温度				
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○
防止				ドライウエル温度				
防止		ドライウエル圧力						
防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
			緩和	ドライウエル圧力						
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		○	防止	ドライウェル圧力					
○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力			○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水	総合判定 ○
溢水発生区画	: R-2F-3	
溢水源	: RCW (A) RCW (B)	
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	×	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）					
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
		○	○	防止	原子炉水位（燃料域）			○		
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
緩和		主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○
	○	防止		サブプレッションプール水温度						
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度						
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量						
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
	○	防止	圧力抑制室水位							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○	
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○		
○	防止	ドライウェル圧力						○		
○	防止	圧力抑制室圧力								
○	防止	ドライウェル温度								
○	防止	原子炉圧力						○		
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力						○		
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
							緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
				緩和	なし					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	×		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-3-1
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	×	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	なし				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	非常用取水設備	-		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
		○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	○	緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系					
		×		緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	緩和	低圧炉心スプレイ系								
○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）								
○	緩和	低圧炉心スプレイ系								
○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)								
○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
○		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プールの冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プールの冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プールの冷却）					
			防止	（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	緩和		ドライウエル水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	ドライウエル圧力				
防止		圧力抑制室圧力							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		サブプレッションプール水温度							
防止		圧力抑制室圧力							
防止		主要パラメータの他の検出器							
緩和		圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール監視カメラ										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	×		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-1
溢水源	: FDW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	なし				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○	
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○			
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		防止	燃料プール冷却浄化系					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
防止			原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
	水の供給	○		防止	（復水貯蔵タンク）					
				防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
防止			（非常用直流電源設備）							
防止			（軽油タンク）							
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	（軽油タンク）							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	×	×	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウェル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウェル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					○		
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
		○		防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						○		
防止		主要パラメータの他の検出器									
○	○	防止	ドライウェル圧力					○			
		防止	圧力抑制室圧力								
		防止	ドライウェル温度								
○	○	防止	原子炉圧力					○			
		防止	原子炉圧力（SA）								
		防止	原子炉圧力								
		防止	原子炉圧力（SA）								
○	○	防止	原子炉圧力					○			
		防止	原子炉圧力（SA）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	×		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-3
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	-	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）							
	緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-1
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○	
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)							
		防止	残留熱除去系(低压注水モード)							
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設）（代替循環冷却ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
			防止		原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	○	防止		原子炉水位（SA 燃料域）							
			防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
	○	○	緩和	圧力抑制室水位								
緩和			原子炉水位（広帯域）									
緩和			原子炉水位（燃料域）									
緩和			原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
				防止	送受話器（ページング）				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-2
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		防止	原子炉保護系					
		防止	制御棒					
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	高压炉心スプレイ系			
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)			
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系					
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構			
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系			
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B			
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)			
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
防止			（非常用直流電源設備）							
防止			（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		原子炉格納容器内の温度		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器		
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				○
防止				圧力抑制室圧力					
防止		主要パラメータの他の検出器							
緩和		圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		ドライウエル温度						
	防止		ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
					緩和	主要パラメータの他チャンネル				
					緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)								
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止				主要パラメータの他チャンネル						
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	平均出力領域モニタ					
				防止	起動領域モニタ					
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
				緩和	サブプレッションプール水温度					
				緩和	圧力抑制室水位					
				緩和	原子炉水位（広帯域）					
				緩和	原子炉水位（燃料域）					
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
				緩和	原子炉圧力容器温度					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○
		○		防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
				防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
				防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力 (SA)				
				防止	原子炉水位 (広帯域)				
				防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力				
	防止		原子炉水位 (広帯域)						
	防止		原子炉水位 (燃料域)						
防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウェル圧力						
		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力				○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)						
		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力					
緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
使用済燃料プールの監視		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
		防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし						
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: RHR バルブ B
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	自動減圧系				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
46	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	○	防止	高压炉心スプレイ系				○
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	(高压炉心スプレイ系)				
防止			原子炉隔離時冷却系						
47	原子炉保護系	○	○	防止	原子炉保護系				○
	制御棒	○		防止	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		防止	制御棒駆動機構				
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	自動減圧系	○		防止	自動減圧系				
	(主蒸気逃がし安全弁)	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)				
	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
48	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	○	防止	自動減圧系				○
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	125V 蓄電池 2B	○		防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム L O C A 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	ブローアウトパネル	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	なし	○		防止	なし				
	残留熱除去系 (低圧注水モード)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	49	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却		○	○	防止	低圧炉心スプレイ系		
低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却		○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却		○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水		-	防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
低圧炉心スプレイ系		-	防止	低圧炉心スプレイ系					
残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却		-	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
低圧炉心スプレイ系による低圧注水		-	防止	(低圧炉心スプレイ系)					
残留熱除去系 (低圧注水モード)		-	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
原子炉補機代替冷却水系による除熱		○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)		-	防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
取水口	-	防止	(取水口)						
取水路	-	防止	(取水路)						
海水ポンプ室	-	防止	(海水ポンプ室)						
緩和	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
緩和	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
緩和	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
緩和	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力（SA）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	×		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水	総合判定 ○
溢水発生区画	: R-1F-3	
溢水源	: RCW (A) RCW (B)	
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(高压炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
				防止	なし					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)							
		緩和	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	×	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
		防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位				○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	復水貯蔵タンク水位									
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
○	防止	圧力抑制室内空気温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止		原子炉圧力							
	防止	原子炉水位（広帯域）									
	防止	原子炉水位（燃料域）									
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
	防止	原子炉圧力容器温度									
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○			
○	防止	ドライウエル圧力									
○	防止	圧力抑制室圧力									
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力					○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	○		防止	原子炉圧力							
	防止	原子炉圧力（SA）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-4
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	非常用直流電源設備					
		○		防止	125V 蓄電池 2A					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)					
				防止	(残留熱除去系(低压注水モード))					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	なし					
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	(貯留堰)							
非常用取水設備	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
非常用取水設備	-	防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
防止				ドライウエル温度					
防止				ドライウエル圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
○		緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	緩和	ドライウエル温度							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
○		防止		使用済燃料プール監視カメラ								
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
		防止		使用済燃料プール監視カメラ								
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水	総合判定 ○
溢水発生区画	: R-1F-5	
溢水源	: RCW (A) RCW (B)	
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
	緩和		ドライウエル水位						
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
				58	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
58	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
○	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
○	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: RHR バルブ A
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
			防止	自動減圧系						
			防止	原子炉隔離時冷却系	○					
			防止	原子炉保護系	○					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	×	×	防止	高压炉心スプレイ系	○			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	(原子炉隔離時冷却系)	○				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系	○				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(高压炉心スプレイ系)					
防止			原子炉隔離時冷却系							
防止			原子炉保護系							
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	制御棒				○	
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	自動減圧系					
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	非常用直流電源設備							
ブローアウトパネル	○	防止	125V 蓄電池 2A							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	125V 蓄電池 2B				○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)					
				防止	なし					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
				防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	低圧炉心スプレイ系					
防止			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
非常用取水設備	-	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)							
		緩和	(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	×		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	-	なし				○		
			緩和	なし						
			緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
			緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）					
防止			（非常用交流電源設備）							
防止			（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	×	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水	総合判定 ○
溢水発生区画	: R-1F-6	
溢水源	: RCW (A) RCW (B)	
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
非常用取水設備	-	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
非常用取水設備	-	防止	(海水ポンプ室)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
				緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)				
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
				防止	燃料貯蔵プール水位			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
防止			燃料取替エリア放射線モニタ					
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
○	防止	圧力抑制室内空気温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					○
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						○
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
○	防止	原子炉圧力容器温度							
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○	
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力						○	
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-7
溢水源	: FPC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）							
		防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位			○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）							
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				復水貯蔵タンク水位								
緩和				原子炉水位（広帯域）								
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
○	防止	圧力抑制室内空気温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-5&R-1F-7-1
溢水源	: SLC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				○	
				防止	(HPCS 注入隔離弁)					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	なし					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
非常用取水設備	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		緩和	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		緩和	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		緩和	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）							
		防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉圧力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
				防止	送受話器（ページング）				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
				緩和	なし				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-10
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
防止				ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
	緩和	ドライウエル温度						
	緩和	ドライウエル圧力						
	緩和	圧力抑制室圧力						
○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	起動領域モニタ				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					○		
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度					○		
	○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	○	防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
	○	防止	ドライウェル温度							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-11
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁					
				防止	(HPCS 注入隔離弁)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	なし					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	非常用取水設備	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				防止	(貯留堰)					
	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		防止	(取水口)					
防止			(取水路)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	-	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	（燃料プール冷却浄化系）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
							防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止				復水貯蔵タンク水位				○		
			防止	原子炉圧力									
			防止	原子炉圧力（SA）									
			防止	圧力抑制室圧力									
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○			
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○		○	○	○	防止		原子炉格納容器下部水位		
							防止		ドライウエル水位		
							防止		ドライウエル温度		
防止							ドライウエル圧力				
防止							圧力抑制室圧力				
○		○		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度								
	緩和		ドライウエル圧力								
	緩和		圧力抑制室圧力								
○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
				緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
	○		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	サブプレッションプール水温度				
						防止	圧力抑制室圧力				
	○		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	圧力抑制室圧力						
				防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					○		
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
	○	防止	主要パラメータの他の検出器							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-12
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	非常用直流電源設備					
		○		防止	125V 蓄電池 2A					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)					
				防止	なし					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
防止			残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
非常用取水設備	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による 水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）に よる使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系 （燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度 （ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における 使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却） （燃料プール冷却浄化系）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による 給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送 ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備 燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	復水貯蔵タンク水位								
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
緩和		主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
		防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)								
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止	起動領域モニタ									
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位（広帯域）							
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		防止	ドライウェル圧力							
○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)										
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-MBIF-2
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○	
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	高压炉心スプレイ系					
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)					
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)							
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構					
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系					
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備					
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	防止	なし							
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)							
非常用取水設備	-	防止	低圧炉心スプレイ系							
		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))							
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
				緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ			
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	復水貯蔵タンク水位								
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	×	×	防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
	緩和		圧力抑制室水位						
	緩和		原子炉水位（広帯域）						
	緩和		原子炉水位（燃料域）						
	緩和		原子炉水位（SA広帯域）						
	緩和		原子炉水位（SA燃料域）						
	緩和		原子炉圧力容器温度						
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	緩和		ドライウエル水位						
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力（SA）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
				緩和	なし						
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
				*2	放射能観測車の代替測定						
				*2	気象観測設備の代替測定						
				*2	放射線量の測定						
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング						
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電						
				*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
				防止	非常用交流電源設備						
				防止	非常用所内電気設備						
				緩和	なし						
				防止	送受話器（ページング）						
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）				○		
				防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
				発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			
				HCU スクラム	○	○	—	—			
燃料冷却	ほう酸水注入系	○	○	—	—				○		
				—	—						
				—	—						
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
				—	—						
				—	—						
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—				○		
				—	—						
使用済燃料プール注水	低圧注水	○	○	—	—				○		
				—	—						
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
				—	—						
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—				○		
				—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		
				—	—						

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-MBIF-4
溢水源	: LPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(高压炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○	
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
非常用取水設備	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
防止			原子炉水位（広帯域）								
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	×	×	防止	主要パラメータの他チャンネル	○			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	平均出力領域モニタ				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	防止	起動領域モニタ							
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
										○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)										
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-1
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
○		緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	×	×	防止	主要パラメータの他チャンネル	○			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-2
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）							
	緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	（燃料プール冷却浄化系）							
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位			○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）							
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
	緩和		ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力					
	緩和		圧力抑制室圧力					
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和		主要パラメータの他チャンネル					
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○
	○	防止		サブプレッションプール水温度						
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度						
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量						
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
	○	防止	圧力抑制室水位							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○	
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○		
○	防止	ドライウェル圧力								
○	防止	圧力抑制室圧力								
○	防止	ドライウェル温度								
○	防止	原子炉圧力						○		
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力（SA）								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力（SA）								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-3
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		防止	原子炉保護系					
		防止	制御棒					
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		防止	制御棒駆動機構					
		防止	自動減圧系					
		防止	制御棒					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○
				防止	なし			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設）（代替循環冷却ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
	緩和	ドライウエル温度							
	緩和	ドライウエル圧力							
	緩和	圧力抑制室圧力							
○	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-3-2
溢水源	: FDW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
52	×	-	-	なし				○	
		○	緩和	なし					
		×	緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	○		
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
			緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
防止			燃料貯蔵プール水温度							
防止			使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止			燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
防止			燃料交換フロア放射線モニタ							
防止			燃料取替エリア放射線モニタ							
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）							
		防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
原子炉圧力容器内の圧力	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	×	×	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度 (D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度 (S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	×		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-5
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
非常用取水設備	-	防止	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル
					緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
	緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
	緩和				ドライウェル圧力				
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止	使用済燃料プール監視カメラ								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止	使用済燃料プール監視カメラ								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止	使用済燃料プール監視カメラ								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-1
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機代替冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	×	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	×		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
緩和			制御棒							
緩和			制御棒駆動機構							
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和			復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位（広帯域）							
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		防止	ドライウェル圧力							
○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
				緩和	なし						
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
				*2	放射能観測車の代替測定						
				*2	気象観測設備の代替測定						
				*2	放射線量の測定						
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング						
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
				防止	非常用交流電源設備						
				防止	非常用所内電気設備						
				緩和	なし						
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）				○		
				防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
				燃料冷却	減圧	○	○	—		—	
				燃料冷却	低圧注水	○	○	—		—	
格納容器除熱	必要情報の把握	○	○	—	—				○		
				—	—						
使用済燃料プール注水	通信連絡（緊急時対策所）	○	○	—	—				○		
				—	—						
格納容器除熱	発電所外の通信連絡	○	○	—	—				○		
				—	—						
使用済燃料プール注水	未臨界移行	○	○	—	—				○		
				—	—						
格納容器除熱	燃料冷却	○	○	—	—				○		
				—	—						
使用済燃料プール注水	格納容器除熱	○	○	—	—				○		
				—	—						
使用済燃料プール注水	未臨界移行	○	○	—	—				○		
				—	—						

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-2
溢水源	: LPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
		防止	制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○		
			防止	なし						
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
			防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
			防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)						
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)							
		緩和	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）		
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	起動領域モニタ				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力				
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	ドライウェル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○	
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)					
				緩和	ドライウェル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-3
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	-	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-4
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			○	
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	(高压炉心スプレイ系)			○	
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動機構						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			○	
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	ブロアアウトパネル	○		防止	自動減圧系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	125V 蓄電池 2B				
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
47	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	なし				
	非常用取水設備	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				緩和	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				緩和	低圧炉心スプレイ系				
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		サブプレッションプール水温度				
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		圧力抑制室内空気温度				
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○
○		防止		ドライウエル温度				
○		防止		ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉圧力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			○		
				緩和	ドライウェル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○						
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○						
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○		



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-5
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）		
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）				
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
防止			高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
			緩和	ドライウエル圧力						
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位（広帯域）								
	防止	原子炉水位（燃料域）								
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	防止	原子炉圧力（SA）								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
○		○	防止	使用済燃料プール監視カメラ								
			防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
			防止	使用済燃料プール監視カメラ								
○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)						
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし						
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-6
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	-	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
防止			（取水口）							
防止			（取水路）							
防止			（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））								
原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	×		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
							防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
							防止	復水貯蔵タンク水位					
	防止	原子炉水位（広帯域）											
	防止	原子炉水位（燃料域）											
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
	防止	復水貯蔵タンク水位											
	防止	原子炉水位（広帯域）											
	防止	原子炉水位（燃料域）											
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位				○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）								
緩和				原子炉水位（燃料域）									
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）									
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止		原子炉圧力							
	防止	原子炉水位（広帯域）									
	防止	原子炉水位（燃料域）									
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
	防止	原子炉圧力容器温度									
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○			
○	防止	ドライウェル圧力									
○	防止	圧力抑制室圧力									
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力					○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	防止	原子炉圧力									
	防止	原子炉圧力（SA）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-6-1
溢水源	: CUW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	緩和	低圧炉心スプレイ系								
	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）								
	緩和	低圧炉心スプレイ系								
	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)								
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		緩和	なし					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
				防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
		防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	（燃料プール冷却浄化系）							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
防止			（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	×	×	防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	×		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-6-2
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	圧力抑制室圧力					
防止			ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			防止	圧力抑制室圧力					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	復水貯蔵タンク水位						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量							
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)									
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止				主要パラメータの他チャンネル							
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			防止	平均出力領域モニタ							
			防止	起動領域モニタ							
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	圧力抑制室内空気温度						
				緩和	サブプレッションプール水温度						
				緩和	圧力抑制室水位						
				緩和	原子炉水位（広帯域）						
				緩和	原子炉水位（燃料域）						
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
				緩和	原子炉圧力容器温度						
				緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
				緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-1
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		防止	原子炉保護系					
		防止	制御棒					
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	高压炉心スプレイ系			
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)			
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)					
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	制御棒駆動機構			
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	高压窒素ガス供給系（非常用）による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系			
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B			
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			○
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
	低圧代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
	非常用取水設備	-		緩和	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）			
低圧代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	-	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）							
	緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	緩和		ドライウエル水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	ドライウエル圧力				
		防止		圧力抑制室圧力					
		防止		主要パラメータの他の検出器					
		防止		サブプレッションプール水温度					
		防止		圧力抑制室圧力					
		防止		主要パラメータの他の検出器					
		緩和		圧力抑制室内空気温度					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○
				防止	ドライウエル温度				
防止		ドライウエル圧力							
防止		圧力抑制室内空気温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-2
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（軽油タンク）							
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	主要パラメータの他の検出器							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力				○	
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	原子炉圧力（SA）				○		
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
			防止	原子炉圧力容器温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
防止						ドライウエル温度					
防止						ドライウエル圧力					
○		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
					緩和	ドライウエル水位					
					緩和	ドライウエル温度					
					緩和	ドライウエル圧力					
					緩和	圧力抑制室圧力					
○		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
	緩和				原子炉格納容器下部水位						
	緩和				ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	サブプレッションプール水温度					
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					
緩和					主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
					防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-3
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○	
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
防止			原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
防止			（取水口）							
防止			（取水路）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））								
原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）			○		
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
					防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○			防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力 (SA)					
		○			防止	原子炉水位 (広帯域)					
					防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
					防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○			防止	原子炉圧力容器温度					
					防止	主要パラメータの他チャンネル					
○		防止			原子炉圧力						
	防止	原子炉水位 (広帯域)									
	防止	原子炉水位 (燃料域)									
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)									
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)									
	防止	原子炉圧力容器温度									
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○			
○	防止	ドライウェル圧力									
○	防止	圧力抑制室圧力									
○	防止	ドライウェル温度									
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○			防止	原子炉圧力						
	○			防止	原子炉圧力 (SA)						
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉圧力 (SA)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-4
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設）（代替循環冷却ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	燃料補給設備	○		防止	（非常用直流電源設備）					
防止			（軽油タンク）							
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
防止				ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
	緩和	ドライウエル温度						
	緩和	ドライウエル圧力						
	緩和	圧力抑制室圧力						
○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度						
			防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度						
			緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	主要パラメータの他チャンネル						
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
		防止	平均出力領域モニタ							
		防止	起動領域モニタ							
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
		○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
				緩和	圧力抑制室水位					
				緩和	原子炉水位（広帯域）					
				緩和	原子炉水位（燃料域）					
				緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
				緩和	原子炉圧力容器温度					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
○	防止	原子炉水位（燃料域）								
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)			
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-5
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(高压炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○	
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
非常用取水設備	-	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止				原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
					防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○		○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
					防止	圧力抑制室圧力			
		○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
					緩和	ドライウエル水位			
					緩和	ドライウエル温度			
					緩和	ドライウエル圧力			
					緩和	圧力抑制室圧力			
		○		○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	ドライウェル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力（SA）							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール監視カメラ										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-6
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	燃料補給設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
防止			（軽油タンク）						
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ			○	
				防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
防止		原子炉圧力（SA）							
防止		原子炉水位（広帯域）							
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	原子炉圧力容器温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
防止	原子炉圧力（SA）												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	起動領域モニタ				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
				防止	原子炉水位 (広帯域)						
				防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力 (SA)						
				防止	原子炉水位 (広帯域)						
				防止	原子炉水位 (燃料域)						
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止				原子炉圧力							
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (SA 広帯域)										
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						○			
	防止	原子炉圧力容器温度									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○			
	○	防止	ドライウェル圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力							
			防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力							
	防止	原子炉圧力 (SA)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-7
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	（燃料プール冷却浄化系）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
○	防止	圧力抑制室内空気温度						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位（広帯域）								
	防止	原子炉水位（燃料域）								
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				緩和	緩和	○	○	緩和	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
				緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
	緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし								
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-8
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	復水貯蔵タンク水位								
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	圧力抑制室水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止			原子炉水位（広帯域）						
	防止			原子炉水位（燃料域）						
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
				緩和	ドライウエル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
	緩和			原子炉格納容器下部水位						
	緩和			ドライウエル水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○
				防止	ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力						
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		防止	圧力抑制室圧力							
		防止	ドライウエル温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力			○			
			防止	圧力抑制室内空気温度						
			防止	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
					緩和	主要パラメータの他チャンネル				
					緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)								
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止				主要パラメータの他チャンネル						
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	平均出力領域モニタ					
				防止	起動領域モニタ					
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
				緩和	サブプレッションプール水温度					
				緩和	圧力抑制室水位					
				緩和	原子炉水位（広帯域）					
				緩和	原子炉水位（燃料域）					
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
				緩和	原子炉圧力容器温度					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力			
緩和	緩和	○	○					緩和	圧力抑制室圧力							
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)										
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）						
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—						
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-9
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
		○		緩和	圧力抑制室圧力			
	緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-15
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○	
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	(低压炉心スプレイ系)							
		防止	残留熱除去系(低压注水モード)							
非常用取水設備	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	(貯留堰)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
防止	原子炉圧力（SA）												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○					
			防止	原子炉水位（広帯域）									
			防止	原子炉水位（燃料域）									
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
			防止	復水貯蔵タンク水位									
			防止	原子炉水位（広帯域）									
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位				○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				○					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					○
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○	防止		残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○	防止		圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
○	防止	原子炉水位（燃料域）								
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-7&R-B3F-10
溢水源	: HPCS
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	-	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		緩和	なし					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
				防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
防止			燃料取替エリア放射線モニタ							
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
防止			（燃料プール冷却浄化系）							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		防止								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
防止			（非常用直流電源設備）							
防止			（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		原子炉格納容器内の温度		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器		
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				○
				防止	圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器					
		緩和		圧力抑制室内空気温度					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	圧力抑制室圧力				
		防止		ドライウエル温度					
		防止		ドライウエル圧力					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				○
防止				圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○		
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	起動領域モニタ			
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		防止	ドライウェル圧力							
○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	×		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M3F-3-1
溢水源	: HNCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
防止			（取水口）							
防止			（取水路）							
防止			（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））								
原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度, 圧力, 水位, 注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-5
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(高压炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○	
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
非常用取水設備	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能	○	
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○			
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)		○					
	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)								
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	緩和		ドライウエル水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	ドライウエル圧力				
		防止		圧力抑制室圧力					
		防止		主要パラメータの他の検出器					
		防止		サブプレッションプール水温度					
		防止		圧力抑制室圧力					
		防止		主要パラメータの他の検出器					
		防止		圧力抑制室内空気温度					
	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	×	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（燃料域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○			防止	ドライウエル圧力						
○			防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
○		防止	原子炉圧力							
○		防止	原子炉圧力（SA）							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○	緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-6
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(高压炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○		
			防止	低压炉心スプレイ系						
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	低压炉心スプレイ系						
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	低压炉心スプレイ系						
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-	防止	(残留熱除去系(低压注水モード))						
			防止	低压炉心スプレイ系						
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
			防止	(低压炉心スプレイ系)						
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-	防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
			防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
52	×	-	-	なし				○		
		○	緩和	なし						
		×	緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	○			
		×	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○					
		×	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○					
		○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度								
○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)								
○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
防止			使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止			燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
防止			燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
				防止	（非常用直流電源設備）				
防止			（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉压力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		サブプレッションプール水温度				
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		圧力抑制室内空気温度				
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○
防止				ドライウエル温度				
防止		ドライウエル圧力						
防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	×	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
		緩和		圧力抑制室水位				
		緩和		原子炉水位（広帯域）				
		緩和		原子炉水位（燃料域）				
		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
		緩和		原子炉圧力容器温度				
		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
										○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)										
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)						
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし						
				防止	送受話器（ページング）						
防止	電力保安通信用電話設備										
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—						
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-6-1
溢水源	: HWH
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○	
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	高压炉心スプレイ系					
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)					
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)							
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
				防止	原子炉保護系					
	防止	制御棒								
	防止	制御棒駆動機構								
47	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
ブロアアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
				防止	なし					
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	低圧炉心スプレイ系					
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(低圧炉心スプレイ系)					
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
		○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○	防止	圧力抑制室内空気温度							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位（広帯域）								
	防止	原子炉水位（燃料域）								
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-7
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
ブローアウトパネル	○	防止	なし					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	低压炉心スプレイ系			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低压炉心スプレイ系)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
防止			(海水ポンプ室)					
非常用取水設備	-	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低压炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低压炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		緩和						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
防止	原子炉圧力（SA）												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位				○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
	緩和		ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力					
	緩和		圧力抑制室圧力					
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-7-1
溢水源	: HWH
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位			○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）							
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				復水貯蔵タンク水位								
緩和				原子炉水位（広帯域）								
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
○		緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
												○	
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)												
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-8
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	なし			○	
				防止	(主蒸気逃がし安全弁)				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
緩和			原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
○		防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
				防止	送受話器（ページング）				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-8-1
溢水源	: HWH
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
非常用取水設備	-	防止	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低压炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低压炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
○	○	緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				○	
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				○	

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○
	○	防止		サブプレッションプール水温度						
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度						
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量						
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
	○	防止	圧力抑制室水位							
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○	
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○		
○	防止	ドライウエル圧力								
○	防止	圧力抑制室圧力								
○	防止	ドライウエル温度						○		
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力						○		
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力						○		
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
										○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)										
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-9&R-2F-11
溢水源	: HNCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプ ール水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプ ール水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉格納容器調気系							
		緩和	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○	緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
					緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和				原子炉格納容器下部水位					
	緩和				ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
						防止	圧力抑制室内空気温度			
	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	圧力抑制室圧力				
防止					ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					○
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○	防止		残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○	防止		圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
				緩和				ドライウェル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-12-1
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
	緩和		ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力					
	緩和		圧力抑制室圧力					
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		緩和	緩和	○	○	緩和	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力					
緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
使用済燃料プールの監視		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
		防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし						
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-13-1
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低压注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による低压注水	-		防止	(残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
防止			（取水口）							
防止			（取水路）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））								
原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	○	-	-	なし				○		
		○	緩和	なし						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度						
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
					緩和	主要パラメータの他チャンネル				
					緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)								
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止				主要パラメータの他チャンネル						
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	平均出力領域モニタ					
				防止	起動領域モニタ					
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
				緩和	サブプレッションプール水温度					
				緩和	圧力抑制室水位					
				緩和	原子炉水位（広帯域）					
				緩和	原子炉水位（燃料域）					
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
				緩和	原子炉圧力容器温度					
				緩和	原子炉格納容器下部水位					
				緩和	ドライウエル水位					
				緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
被ばく線量の低減	○	緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-4&R-2F-16-1
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
○	防止	圧力抑制室内空気温度							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-17
溢水源	: DGDO (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
		防止	制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	非常用直流電源設備					
		○		防止	125V 蓄電池 2A					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	インターフェイスシステム L O C A 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				○	
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
				防止	(HPCS 注入隔離弁)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	なし					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)							
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	(貯留堰)							
非常用取水設備	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
非常用取水設備	-	防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
52	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
防止			原子炉水位（広帯域）								
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度		○		○	防止	主要パラメータの他の検出器			
	防止		ドライウエル圧力						
	防止	圧力抑制室圧力							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		ドライウエル温度						
	防止		ドライウエル圧力						
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	起動領域モニタ				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
被ばく線量の低減	○	緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-18
溢水源	: DGDO (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
52	○	緩和	なし							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力（SA）					
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉水位（広帯域）							
○	防止	原子炉水位（燃料域）							
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	防止	原子炉圧力容器温度							
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)					
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)					
				緩和	ドライウェル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○						
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○						
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-19
溢水源	: DGDO (H)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		防止	原子炉保護系					
		防止	制御棒					
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		防止	自動減圧系					
		防止	原子炉隔離時冷却系					
		防止	原子炉保護系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)			
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系					
		防止	原子炉保護系					
		防止	制御棒					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位（広帯域）								
	防止	原子炉水位（燃料域）								
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-8
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
		防止	制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
				防止	なし					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)							
		緩和	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
52	○	-	-	なし				○		
		○	緩和	なし						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				緩和	なし						
				緩和	なし						
				緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
				緩和	なし						
緩和			なし								
緩和			なし								
緩和			なし								
緩和			なし								
燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし								
		緩和	なし								
		緩和	なし								
		緩和	なし								
		緩和	なし								
		緩和	なし								
使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位								
		防止	燃料貯蔵プール水温度								
		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
		防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度								
		防止	燃料交換フロア放射線モニタ								
		防止	燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				防止	（非常用交流電源設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉压力容器内の圧力			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
						防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉压力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-9
溢水源	: DGDO (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		防止	原子炉保護系					
		防止	制御棒					
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	高压炉心スプレイ系			
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)			
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)					
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構			
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系			
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B			
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)			
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	原子炉格納容器調気系							
		緩和	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化							
原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○	防止	圧力抑制室内空気温度							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	原子炉水位（広帯域）				
		○		防止	原子炉水位（燃料域）				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力（SA）				
		○		防止	原子炉水位（広帯域）				
		○		防止	原子炉水位（燃料域）				
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力				
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	ドライウェル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○	
	○		防止	原子炉圧力（SA）					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力（SA）					
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
緩和	緩和	○	○					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
緩和	緩和	○	○					緩和	ドライウェル圧力							
緩和	緩和	○	○					緩和	圧力抑制室圧力							
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低压注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-13
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
緩和	緩和	○	○					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
緩和	緩和	○	○					緩和	ドライウェル圧力							
緩和	緩和	○	○					緩和	圧力抑制室圧力							
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-13-1
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)			
				防止	(取水口)			
防止			(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	原子炉格納容器調気系							
		緩和	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化							
原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）		
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）				
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
防止			高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-14
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	(高压炉心スプレイ系)				○
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	防止	原子炉保護系							
	防止	制御棒							
47	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	制御棒駆動機構				○
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	防止	(主蒸気逃がし安全弁)							
	防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)							
	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
	防止	自動減圧系							
	防止	非常用直流電源設備							
	防止	125V 蓄電池 2A							
原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	○	防止	125V 蓄電池 2B					
			防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
高压窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	なし				○
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)							
	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)							
	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)							
	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)							
	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)							
	防止	残留熱除去系 (低压注水モード)							
	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
			防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)						
非常用取水設備	-	-	防止	(貯留堰)					
			防止	(取水口)					
			防止	(取水路)					
			防止	(海水ポンプ室)					
低压代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)					
低压代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)					
			緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉格納容器調気系							
		緩和	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○	緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止				原子炉圧力							
防止	原子炉水位（広帯域）										
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
	防止	原子炉圧力容器温度									
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○			
○	防止	ドライウエル圧力									
○	防止	圧力抑制室圧力									
○	格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	防止	原子炉圧力							
			○	防止	原子炉圧力（SA）						
			○	防止	原子炉圧力						
			○	防止	原子炉圧力（SA）						
			○	防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力（SA）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-15
溢水源	: HPCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○	
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	高压炉心スプレイ系					
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)					
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系							
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	(高压炉心スプレイ系)				○	
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒					
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動機構							
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○	
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	ブローアウトパネル	○		防止	自動減圧系					
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V蓄電池 2A					
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	125V蓄電池 2B					
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
47	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	(HPCS注入隔離弁)				○	
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系					
				防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系					
				緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
	低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系					
				緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
緩和			なし						
緩和			なし						
緩和			なし						
緩和			なし						
燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし						
		緩和	なし						
		緩和	なし						
		緩和	なし						
		緩和	なし						
		緩和	なし						
使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位						
		防止	燃料貯蔵プール水温度						
		防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
		防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
		防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
		防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
				防止	（非常用直流電源設備）				
防止			（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
	緩和		ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力					
	緩和		圧力抑制室圧力					
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和		主要パラメータの他チャンネル					
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
○		防止		原子炉圧力							
	防止	原子炉水位（広帯域）									
	防止	原子炉水位（燃料域）									
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
	防止	原子炉圧力容器温度									
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○			
○	防止	ドライウェル圧力									
○	防止	圧力抑制室圧力									
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力					○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力（SA）							
	防止	原子炉圧力									
	防止	原子炉圧力（SA）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		緩和	緩和	○	○	緩和	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力					
緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
使用済燃料プールの監視		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
		防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし						
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-15-1
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	低压代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低压注水モード)				
	残留熱除去系 (低压注水モード) による 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		防止	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
低压代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系 (低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		緩和	残留熱除去系 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）		
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）				
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
防止			高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					○
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル	○					○
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
				防止	送受話器（ページング）				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-16
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
○	防止	圧力抑制室内空気温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力					
緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
使用済燃料プールの監視		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
		防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし						
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-17
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	-	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
52	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
防止				原子炉水位（SA 広帯域）				
防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
○	○	緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	圧力抑制室圧力						
		防止	ドライウエル温度						
		防止	ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-7
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系（非常用）による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	低圧代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	-	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-	防止	なし						
原子炉補機代替冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
非常用取水設備	-	緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
低圧代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）					
				防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
防止			（軽油タンク）							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
防止				原子炉水位（広帯域）					
防止				原子炉水位（燃料域）					
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
○		○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
○		○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
	緩和		原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-8
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
52	○	-	-	なし				○		
		○	緩和	なし						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)										
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし						
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-11
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
		防止	制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
				防止	なし					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	-	-	なし				○		
		○	緩和	なし						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○	防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
○		緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-8
溢水源	: HNCW
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	×		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	-	-	なし				○		
		○	緩和	なし						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		原子炉格納容器内の温度		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器		
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				○
				防止	圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器					
		緩和		圧力抑制室内空気温度					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	圧力抑制室圧力				
		防止		ドライウエル温度					
		防止		ドライウエル圧力					
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				○
防止				圧力抑制室内空気温度					



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量						
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
										○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	×		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-9
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）		
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）				
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	圧力抑制室圧力					
				○	防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量									
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量									
○	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
	防止	原子炉圧力								
	防止	原子炉圧力（SA）								
	防止	圧力抑制室圧力								
	○	防止	復水貯蔵タンク水位							
		防止	原子炉水位（広帯域）							
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		○	防止	復水貯蔵タンク水位						
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止			原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）							
防止			原子炉水位（SA 燃料域）							
○	緩和	圧力抑制室水位								
	緩和	原子炉水位（広帯域）								
	緩和	原子炉水位（燃料域）								
	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	圧力抑制室水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	圧力抑制室水位					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
○	○	緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
		緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	圧力抑制室圧力						
		防止	ドライウエル温度						
		防止	ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
			緩和	ドライウエル圧力						
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-10
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
非常用取水設備	-	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	復水貯蔵タンク水位								
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
緩和		主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
防止	圧力抑制室内空気温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低压注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-11
溢水源	: RSW (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
			防止	なし					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
			防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
			防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-	防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
			防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
			防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
			防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
			防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
非常用取水設備	-	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
防止						ドライウエル圧力					
防止						圧力抑制室圧力					
○		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
					緩和	ドライウエル水位					
					緩和	ドライウエル温度					
					緩和	ドライウエル圧力					
					緩和	圧力抑制室圧力					
○		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
	緩和				原子炉格納容器下部水位						
	緩和				ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	サブプレッションプール水温度					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	圧力抑制室圧力					
					防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力			○		
					防止	圧力抑制室内空気温度					
					防止	圧力抑制室圧力					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位（広帯域）							
	格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○	
		○		防止	主要パラメータの他の検出器					
○		防止		ドライウェル圧力						
○		防止		圧力抑制室圧力						
○		防止		ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-12
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉隔離時冷却系						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	-	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○	防止	圧力抑制室内空気温度							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
				58	原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
58	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-13
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	-	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
52	○	緩和	なし							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○	防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位				○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）									
			緩和	復水貯蔵タンク水位									
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力					
		緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		防止		原子炉水位 (SA 燃料域)							
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
				防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力 (SA)						
				防止	原子炉水位 (広帯域)						
				防止	原子炉水位 (燃料域)						
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止				原子炉圧力							
防止	原子炉水位 (広帯域)										
防止	原子炉水位 (燃料域)										
防止	原子炉水位 (SA 広帯域)										
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						○			
	防止	原子炉圧力容器温度									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○			
	○	防止	ドライウエル圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力							
			防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
				防止	送受話器（ページング）				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-14
溢水源	: RSW (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		防止	ドライウェル圧力							
○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: RW-1F-2-4
溢水源	: HWH
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
ブローアウトパネル	○	防止	なし					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	低压炉心スプレイ系			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低压炉心スプレイ系)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
非常用取水設備	-	防止	(海水ポンプ室)					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低压炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低压炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		緩和						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力				
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	ドライウェル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○	
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-3F-3
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度		○		○	防止	主要パラメータの他の検出器			
	防止		ドライウエル圧力						
	防止	圧力抑制室圧力							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル温度				○	
			防止	ドライウエル圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)								
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
防止				主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力（SA）							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
												○	
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)												
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)												
緩和	ドライウェル圧力												
緩和	圧力抑制室圧力												
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-3F-4
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			（格納容器内雰囲気水素濃度）							
	緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止				原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			
					防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
					緩和	ドライウエル水位			
					緩和	ドライウエル温度			
					緩和	ドライウエル圧力			
					緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和				原子炉格納容器下部水位				
	緩和				ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
					防止	ドライウエル圧力			
防止					圧力抑制室圧力				
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
○		○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
				防止	圧力抑制室圧力				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
		緩和		圧力抑制室水位					
		緩和		原子炉水位（広帯域）					
		緩和		原子炉水位（燃料域）					
		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和		原子炉圧力容器温度					
		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位（広帯域）							
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		防止	ドライウェル圧力							
○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	防止	原子炉圧力（SA）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-2F-3
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	なし				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	(取水口)				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	○	緩和	なし							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)										
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-2F-6
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	×	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
防止				圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	圧力抑制室圧力					
		防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウエル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—				
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-2F-7
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）						
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力（SA）					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和		主要パラメータの他チャンネル					
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール監視カメラ										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-2F-8
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○	
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	高压炉心スプレイ系					
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)					
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系							
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	(高压炉心スプレイ系)				○	
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒					
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動機構							
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○	
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	ブローアウトパネル	○		防止	自動減圧系					
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	非常用直流電源設備					
				防止	125V 蓄電池 2A					
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	125V 蓄電池 2B					
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
47	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	なし					
	非常用取水設備	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				緩和	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				緩和	低圧炉心スプレイ系					
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）						
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力（SA）					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位			○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）							
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				復水貯蔵タンク水位								
緩和				原子炉水位（広帯域）								
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力							
		緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
												○	
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)											
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
	緩和	ドライウェル圧力											
	緩和	圧力抑制室圧力											
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）							
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止	使用済燃料プール監視カメラ												
防止	使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
防止	使用済燃料プール監視カメラ												
防止	使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）												
防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール監視カメラ												
防止	使用済燃料プール水位／温度（ヒートサーモ式）												
防止	使用済燃料プール水位／温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)				
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
				防止	送受話器（ページング）				
防止	電力保安通信用電話設備								
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-1F-1
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	ドライウエル圧力				
防止		圧力抑制室圧力							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		サブプレッションプール水温度							
防止		圧力抑制室圧力							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		圧力抑制室内空気温度							
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-1F-2
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
防止	原子炉圧力（SA）												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位				○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
防止				ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-1F-3
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(高圧炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
ブローアウトパネル	○	防止	なし					
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留櫃)			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
防止			(海水ポンプ室)					
非常用取水設備	-	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		緩和						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							
	○	緩和	なし							
		緩和	なし							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）		
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）				
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保（代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					○
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○	防止		残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○	防止		圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-1F-4
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
	原子炉压力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
防止			原子炉水位（広帯域）								
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉压力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力					
		緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位（広帯域）								
	防止	原子炉水位（燃料域）								
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
緩和	緩和	○	○					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
緩和	緩和	○	○					緩和	ドライウェル圧力							
緩和	緩和	○	○					緩和	圧力抑制室圧力							
使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-MB1F-1
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系			
				防止	(高压炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○
				防止	低压炉心スプレイ系			
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))			
				防止	低压炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低压炉心スプレイ系)			
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
防止			(海水ポンプ室)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	低压炉心スプレイ系					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
		緩和	低压炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位				○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	復水貯蔵タンク水位									
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
防止				ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
○	○	防止	圧力抑制室内空気温度			○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止				原子炉圧力							
防止	原子炉水位（広帯域）										
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
	防止	原子炉圧力容器温度									
○	防止	主要パラメータの他の検出器						○			
○	防止	ドライウェル圧力									
○	防止	圧力抑制室圧力									
○	○	○	防止	ドライウェル温度							
			防止	原子炉圧力							
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力（SA）									
○	防止	原子炉圧力（SA）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-2
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					○
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-3
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）					
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
防止			（軽油タンク）							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位			○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）							
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
緩和		主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉圧力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-4
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム L O C A 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
非常用取水設備	-	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位			○
							防止		原子炉水位（広帯域）			
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		原子炉水位（SA 広帯域）			
							防止		原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位							
			防止		原子炉水位（広帯域）							
			防止		原子炉水位（燃料域）							
防止			原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		サブプレッションプール水温度				
		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		圧力抑制室内空気温度				
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○
防止				ドライウエル温度				
防止		ドライウエル圧力						
防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
		緩和		原子炉水位（広帯域）					
		緩和		原子炉水位（燃料域）					
		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和		原子炉圧力容器温度					
		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
緩和		ドライウエル温度							
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-8
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）						
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
防止			高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力（SA）					
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	復水貯蔵タンク水位								
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
防止				ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	原子炉水位（広帯域）				
		○		防止	原子炉水位（燃料域）				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力（SA）				
		○		防止	原子炉水位（広帯域）				
		○		防止	原子炉水位（燃料域）				
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		防止		原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）							
○	防止	原子炉水位（燃料域）							
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	防止	原子炉圧力容器温度							
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	ドライウエル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○	
	○		防止	原子炉圧力（SA）					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力（SA）					
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
										○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-9
溢水源	: 衛生
溢水量(m <sup>3</sup> )	: ー
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位 (広帯域)								
	防止	原子炉水位 (燃料域)								
	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
		緩和	緩和	○	○	緩和	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
		緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
緩和	緩和	○	○	緩和	ドライウェル圧力					
緩和	緩和	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
使用済燃料プールの監視		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし						
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-MB2F-1
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	-	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉压力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉压力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○		緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和		復水貯蔵タンク水位						
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	ドライウエル圧力				
防止		圧力抑制室圧力							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		サブプレッションプール水温度							
防止		圧力抑制室圧力							
防止		主要パラメータの他の検出器							
緩和		圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	起動領域モニタ				
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	原子炉水位 (広帯域)					○		
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力容器温度					○		
	○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
	○	防止	ドライウエル温度							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-1
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	-	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	-	-	なし				○		
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	燃料補給設備	○		防止	（軽油タンク）					
防止			非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
防止			高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
		○	○	防止	原子炉水位（燃料域）			○		
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）							
防止				原子炉水位（燃料域）								
防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
防止				復水貯蔵タンク水位								
防止				原子炉水位（広帯域）								
防止				原子炉水位（燃料域）								
防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位			○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	緩和	復水貯蔵タンク水位							
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度					
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	平均出力領域モニタ				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
○		防止		圧力抑制室内空気温度					
○		緩和		サブプレッションプール水温度					
○		緩和		圧力抑制室水位					
○		緩和		原子炉水位（広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）					
○		緩和		原子炉圧力容器温度					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
○		緩和		ドライウエル水位					
○		緩和		ドライウエル温度					
○	緩和	ドライウエル圧力							
○	緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位 (広帯域)							
		防止	原子炉水位 (燃料域)							
		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		防止	ドライウェル圧力							
○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-2
溢水源	: FP
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							
	○	緩和	なし							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
		緩和	なし							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
防止	原子炉圧力（SA）												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位				○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
防止				ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力				
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力					
		緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)											
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
	緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力												
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-3
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
緩和			低圧炉心スプレイ系						
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	なし						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
防止			（非常用交流電源設備）						
防止			（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設 (設備)	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○	
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量)				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量)				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力				
				防止	復水移送ポンプ出口圧力				
				防止	原子炉水位 (広帯域)				
				防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
				○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力						
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
		○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
					緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)								
緩和	ドライウェル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								
○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)			○		
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)					
			防止	使用済燃料プール監視カメラ					
			防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)					
		○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)					
			防止	使用済燃料プール監視カメラ					
			防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)					
			防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)					
		○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
			防止	使用済燃料プール水位/温度 (ヒートサーモ式)					
			防止	使用済燃料プール水位/温度 (ガイドバルブ式)					
			防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ (高線量, 低線量)					
○	○	緩和	なし			○			
		防止	各計器						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-4
溢水源	: MSC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	（軽油タンク）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
○	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	復水貯蔵タンク水位						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量							
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量							
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量							
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）							
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度							
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)									
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止				主要パラメータの他チャンネル							
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			防止	平均出力領域モニタ							
			防止	起動領域モニタ							
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	圧力抑制室内空気温度						
				緩和	サブプレッションプール水温度						
				緩和	圧力抑制室水位						
				緩和	原子炉水位（広帯域）						
				緩和	原子炉水位（燃料域）						
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
				緩和	原子炉圧力容器温度						
				緩和	原子炉格納容器下部水位						
				緩和	ドライウエル水位						
				緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位（広帯域）							
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		防止	ドライウエル圧力							
○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
				緩和	なし					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水	総合判定 ○
溢水発生区画	: C-B2F-6	
溢水源	: 25A 以下の配管	
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	高压炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系				
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○	
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉压力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	原子炉圧力（SA）			
防止		原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉压力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
○		防止		主要パラメータの他の検出器				
		防止		サブプレッションプール水温度				
○		防止		圧力抑制室圧力				
		防止		主要パラメータの他の検出器				
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
被ばく線量の低減	○		緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: CST-1
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(高压炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○		
			防止	低压炉心スプレイ系						
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	低压炉心スプレイ系						
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	低压炉心スプレイ系						
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-	防止	(残留熱除去系(低压注水モード))						
			防止	低压炉心スプレイ系						
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))						
			防止	(低压炉心スプレイ系)						
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-	防止	残留熱除去系(低压注水モード)						
			防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-	防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
			防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止			原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
防止	原子炉圧力（SA）											
防止	圧力抑制室圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	復水貯蔵タンク水位								
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	復水貯蔵タンク水位								
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）											
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	圧力抑制室水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○	○	防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力（SA）					
		○		防止	原子炉水位（広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（燃料域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位（広帯域）								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				○		
	○		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウェル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウェル温度						
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力（SA）							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
○		防止		使用済燃料プール監視カメラ								
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
		防止		使用済燃料プール監視カメラ								
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: CST-2
溢水源	: MWC
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(高压炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○	
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
非常用取水設備	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
52	○	-	-	なし				○		
		○	緩和	なし						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）					
	非常用直流電源設備	○		防止	（軽油タンク）					
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	（軽油タンク）							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
	緩和		ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力					
	緩和		圧力抑制室圧力					
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○	緩和	圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
		防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力							
		緩和	圧力抑制室圧力							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力 (SA)				
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
		○		防止	原子炉圧力容器温度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	原子炉圧力				
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
	○		防止	ドライウェル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○	
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
	○		防止	原子炉圧力					
	○		防止	原子炉圧力 (SA)					
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○		
				防止	6-2D 母線電圧						
				防止	6-2H 母線電圧						
				防止	(6-2C 母線電圧)						
				防止	(6-2D 母線電圧)						
				防止	(6-2H 母線電圧)						
				防止	(4-2C 母線電圧)						
				防止	(4-2D 母線電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)						
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)						
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧						
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧						
				防止	(250V 直流主母線電圧)						
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)						
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)										
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力										
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○		
				防止	(中央制御室遮蔽)						
				防止	(中央制御室換気空調系)						
				防止	送受話器（ページング）						
				防止	電力保安通信用電話設備						
				*2	中央制御室照明						
被ばく線量の低減	○	緩和	なし								
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車						
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備						
	放射線量の測定	○		*2	なし						
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし						
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備						
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○		
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備						
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備						
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）						
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○		
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備						
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○		
	ほう酸水注入系	○		—	—						
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○		
	減圧	○		—	—						
	低圧注水	○		—	—						
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○		
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—						
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○		

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: LOT-1
溢水源	: DGDO (A)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系					
				防止	(高压炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)				○	
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))					
				防止	低压炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低压炉心スプレイ系)					
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
非常用取水設備	-	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)							
		緩和	低压炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		緩和		格納容器内水素濃度(S/C)						
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	×	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
防止				圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	圧力抑制室圧力					
		防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
			防止	圧力抑制室圧力				



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
	防止	原子炉水位（広帯域）								
	防止	原子炉水位（燃料域）								
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: LOT-2
溢水源	: DGDO (B)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
		防止	制御棒駆動機構						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
				防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
非常用取水設備	-	防止	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低压炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低压炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○	防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	×	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
			○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ				
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
			○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）				
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
			○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）				
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
			○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ				
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: LOT-3
溢水源	: DGDO (H)
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高压代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	高压炉心スプレイ系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)				
高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-	防止	(高压炉心スプレイ系)						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○
	主蒸気逃がし安全弁	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	制御棒駆動機構				
可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
47	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	自動減圧系				
	ブロアアウトパネル	○		防止	非常用直流電源設備				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	125V 蓄電池 2B				
	非常用取水設備	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	なし				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	非常用取水設備	-		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)				
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（軽油タンク）							
燃料補給設備	×	防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	主要パラメータの他の検出器							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	原子炉圧力			○		
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
	原子炉圧力容器内の圧力	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
防止			原子炉圧力（SA）							
防止	原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定					
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	原子炉圧力容器温度								
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉圧力								
				防止	原子炉圧力（SA）								
				防止	圧力抑制室圧力								
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					○
							防止	原子炉水位（燃料域）					
							防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
							防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
防止	原子炉圧力												
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位				○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									
			緩和	復水貯蔵タンク水位									
			緩和	原子炉水位（広帯域）									
			緩和	原子炉水位（燃料域）									
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
○		緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉压力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				○						○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○								
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: K-1F-6
溢水源	: TSCDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉格納容器調気系							
		緩和	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化							
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○	緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)								
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
防止				主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉压力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 （耐圧強化ベント系）	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 （残留熱除去系）	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
				防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
			防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 （原子炉圧力容器内の状態）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		○		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	原子炉圧力容器温度					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力					
		防止	原子炉水位（広帯域）							
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 （原子炉格納容器内の状態）	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
		防止	ドライウェル圧力							
○		防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 （原子炉建屋内の状態）	○	○	防止	原子炉圧力				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力（SA）						
	○		防止	原子炉圧力						
		防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
		防止	主要パラメータの他チャンネル								
		防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
										○	
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)					
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)										
緩和	ドライウェル圧力										
緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止		使用済燃料プール監視カメラ									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: K-1F-13
溢水源	: TSCDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-			防止	高压炉心スプレイ系			
ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(高压炉心スプレイ系)					
			防止	原子炉隔離時冷却系					
			防止	原子炉保護系					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	制御棒			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○			防止	自動減圧系			
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○			防止	(主蒸気逃がし安全弁)			
					防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○			防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			防止	非常用直流電源設備			
ブローアウトパネル	○		防止	125V 蓄電池 2A					
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	125V 蓄電池 2B			○	
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
				防止	なし				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
			防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
			防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
			防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
			防止	(取水口)					
非常用取水設備	-		防止	(取水路)					
			防止	(海水ポンプ室)					
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
			緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
			緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					
			緩和	残留熱除去系(低压注水モード)					



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
○	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
		防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止				原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
					防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○		○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
					防止	圧力抑制室圧力			
		○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
					緩和	ドライウエル水位			
					緩和	ドライウエル温度			
					緩和	ドライウエル圧力			
					緩和	圧力抑制室圧力			
		○		○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
	○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	サブプレッションプール水温度				
	○		○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	ドライウエル温度				
	○			○	防止	ドライウエル圧力			
		防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力							
		緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 （原子炉格納容器フィルタベント系）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウェル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力（SA）						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位（広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウェル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウェル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力（SA）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
	緩和	ドライウェル圧力											
	緩和	圧力抑制室圧力											
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
	防止				使用済燃料プール監視カメラ								
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
防止	使用済燃料プール監視カメラ												
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール監視カメラ												
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: K-1F-14
溢水源	: TSCDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁 ブローアウトパネル	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)				
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
防止	原子炉圧力											
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和				圧力抑制室水位			○		
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)								
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止				主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
防止	起動領域モニタ									
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウェル圧力						
				防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						○	
	○	防止		原子炉圧力容器温度						○	
	○	防止		サブプレッションプール水温度							
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度							
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量							
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量								
	○	防止	圧力抑制室水位								
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						○		
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
				防止	原子炉水位 (燃料域)						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力 (SA)						
				防止	原子炉水位 (広帯域)						
				防止	原子炉水位 (燃料域)						
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
				防止	原子炉圧力容器温度						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						○		
防止		主要パラメータの他の検出器									
○	○	○	防止	ドライウェル圧力							
			防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	ドライウェル温度							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
○	○	防止	原子炉圧力					○			
	○	防止	原子炉圧力 (SA)								
	○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉圧力 (SA)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
				緩和	なし					
被ばく線量の低減	○	緩和	なし							
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし					
				防止	送受話器（ページング）					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器 除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器 フィルタベント系	○		—	—					
使用済 燃料 プール 注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: K-1F-15
溢水源	: TSCDO
溢水量(m <sup>3</sup> )	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	-	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
防止				圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	圧力抑制室圧力					
		防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度						
			防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度						
			緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)						
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	平均出力領域モニタ						
			防止	起動領域モニタ						
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
			防止	圧力抑制室内空気温度						
			緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
			緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						



表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)							
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
		防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
○		防止		使用済燃料プール監視カメラ								
		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
		防止		使用済燃料プール監視カメラ								
○		防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)								
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力								
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器（ページング）				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
被ばく線量の低減	○	緩和	なし						
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○		—	—				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○		—	—				
	低圧注水	○		—	—				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

### 3.4 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では、地震起因による溢水からの被水影響として、地震により破損する機器（配管、容器等）を溢水源として考慮し、防護すべき設備（溢水防護対象設備）が被水影響によって要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。

地震に起因する被水影響評価結果を表 3.4-1 に示す。

表 3.4-1 地震に起因する被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	全域（制御建屋、海水ポンプ室除く）
溢水源	基準地震動 $S_s$ による地震力に対して耐震性が確保されていない系統
溢水量 ( $m^3$ )	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設													
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能	
			区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉心スプレイ系			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	-	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室	
安全機能機能判定	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能	給水機能				中央制御室	中央制御室換気空調系
				燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系		
系統機器	非常用ガス処理系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	中央制御室	中央制御室換気空調系
区分	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	A系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○

### 3.5 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では、想定破損により生じる溢水からの被水影響評価に関して、全ての区画における防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。なお、各区画の溢水源については、「3.4 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（溢水防護対象設備）」と同じとする。

重大事故等対処設備に対する被水影響評価は、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水評価について」“2.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”に記載する評価方針に則り評価を実施する。

防護すべき設備（重大事故等対処設備）の地震に起因する溢水による被水影響評価結果を表 3.5-1 に示す。

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別：被水

溢水発生区画：全城

溢水源：基準地震動 Ss による地震力に対して耐震性が確保されていない系統

溢水量 (m)：—

総合判定

○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	-		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	×		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）				
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								



表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				緩和	圧力抑制室水位			○	
				緩和	原子炉水位（広帯域）							
緩和				原子炉水位（燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 広帯域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								
緩和				原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
	緩和		ドライウエル温度					
	緩和		ドライウエル圧力					
	緩和		圧力抑制室圧力					
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	サブプレッションプール水温度				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
緩和		主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
		防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	×	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○	
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
				防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
				防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					○	
			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
			防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
			防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	原子炉圧力 (SA)						
			防止	原子炉水位 (広帯域)						
			防止	原子炉水位 (燃料域)						
			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
			防止	原子炉圧力容器温度						
			防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	原子炉圧力						
	防止		原子炉水位 (広帯域)							
	防止		原子炉水位 (燃料域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
		防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	防止	原子炉圧力					○		
		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
		防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止		使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	電源の確保（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡（緊急時対策所）	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	×	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

#### 4.1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では想定破損により生じる溢水からの蒸気影響に対して各建屋に設置する防護すべき設備（溢水防護対象設備）に対する評価結果を示す。

防護すべき設備（溢水防護対象設備）を設置する建屋は以下の通り。

- ・ 原子炉建屋
- ・ 制御建屋
- ・ 海水ポンプ室
- ・ 復水貯蔵タンクエリア
- ・ 軽油タンクエリア
- ・ タービン建屋

各建屋の蒸気評価結果を表 4.1-1 に示す。

表 4.1-1-1 想定破損による蒸気影響評価結果と対策一覧

防護対象設備が存在する建屋・区画	溢水防護区画内の蒸気源有無	溢水防護区画外からの流入有無	耐蒸気仕様の有無	判定	備考
原子炉建屋 原子炉棟 (二次格納施設内)	主蒸気系 給水系 原子炉隔離時冷却系 原子炉冷却材浄化系 加熱蒸気系	有 (加熱蒸気系)	有 (一部無し)	○	<ul style="list-style-type: none"> <li>高エネルギー配管の破断を考慮した設計               <ul style="list-style-type: none"> <li>①耐環境仕様</li> <li>②ブローアウトパネルの設置</li> </ul> </li> <li>加熱蒸気系（加熱蒸気復水戻り系を一部含む）に対しては、以下の対策を実施               <ul style="list-style-type: none"> <li>①想定破損除外の適用（応力評価の実施）</li> </ul> </li> <li>耐蒸気仕様となっていない設備については、設備対策を実施</li> <li>二次格納施設内の防護対象設備に対する機能維持判定を「1.2 防護すべき設備のうち溢水影響評価対象外とする設備について」に示す。</li> </ul>
原子炉建屋付属棟	無	有 (加熱蒸気系)	無	○	<ul style="list-style-type: none"> <li>独立した区分の空調エリアである</li> <li>原子炉建屋原子炉棟（二次格納施設内）の貫通部には気密シールが施されているため、原子炉建屋原子炉棟（二次格納施設内）へ伝播しない</li> </ul>
制御建屋	無	有 (加熱蒸気系)	無	○	<ul style="list-style-type: none"> <li>加熱蒸気系に対しては、以下の対策を実施               <ul style="list-style-type: none"> <li>①想定破損除外の適用（応力評価の実施）</li> </ul> </li> </ul>
復水貯蔵タンクエリア	加熱蒸気系	無	無	○	<ul style="list-style-type: none"> <li>復水貯蔵タンク水位計が機能喪失するが、多重化された系統が同時にその機能を失わない</li> </ul>
海水ポンプエリア	無	無	無	○	-
軽油タンクエリア	無	無	無	○	-
原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理エリア(非管理区域))	無	無	無	○	-
タービン建屋	加熱蒸気系	有 (加熱蒸気系)	無	○	<ul style="list-style-type: none"> <li>加熱蒸気系に対しては、以下の対策を実施               <ul style="list-style-type: none"> <li>①防護カバーの設置</li> </ul> </li> </ul>



#### 4.2 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では想定破損により生じる溢水からの蒸気影響に対して各建屋に設置する防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。

重大事故等対処設備に対する蒸気影響評価は、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について」“2.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”に記載する評価方針に則り評価を実施する。

なお、屋外に設置する防護すべき設備（重大事故等対処設備）については、蒸気の影響がないことが明らかため記載しない。

蒸気影響に対する評価結果を表 4.2-1 に示す。

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別：蒸気

溢水発生区画：原子炉建屋付属棟、廃棄物処理エリア(管理区域)、復水貯蔵タンクエリア、タービン建屋

溢水源：高エネルギー配管

溢水量(m³)：-

総合判定

○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	×	×	防止	原子炉隔離時冷却系	○		○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高压炉心スプレイ系	○			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)	○			
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高压炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム L O C A 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
防止	なし								
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低压注水モード)			○	
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	×		防止	低压炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	低压炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	-		防止	(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	低压炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低压炉心スプレイ系)				
	低压炉心スプレイ系による低压注水	-		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留櫃)				
	非常用取水設備	-		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	低压炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)による 原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	非常用取水設備	-		防止	（貯留堰）					
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	×		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
緩和			制御棒							
緩和			制御棒駆動機構							
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
52	○	-	-	なし				○		
		○	緩和	なし						
		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）					
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉压力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉压力容器温度								

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止				原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
					防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○		○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
防止					ドライウエル圧力				
防止					圧力抑制室圧力				
○		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
	○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	サブプレッションプール水温度				
	○		○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	×	防止	主要パラメータの他の検出器			
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
		緩和		圧力抑制室水位				
		緩和		原子炉水位（広帯域）				
		緩和		原子炉水位（燃料域）				
		緩和		原子炉水位（SA広帯域）				
		緩和		原子炉水位（SA燃料域）				
		緩和		原子炉压力容器温度				
		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	×			防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		○	防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○			防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○		防止		ドライウェル圧力						
○		防止		圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
			防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						



表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器（ページング）					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡（緊急時対策所）	○		防止	送受話器（ページング）					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	×	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	×	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等，考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

#### 4.3 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では地震に伴い発生する溢水からの蒸気影響に対して各建屋の蒸気評価は、高エネルギー流体を内包する機器のうち、基準地震動  $S_s$  によって破損が生じる可能性のある機器について破損を想定し、その発生蒸気による影響を評価する。

ただし、本評価は、複数系統・複数箇所の同時破損を考慮する点が「4.1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）」と異なるのみで、蒸気の発生区域や影響範囲は想定破損時の評価と同様である。したがって、地震時の蒸気影響評価は想定破損による蒸気影響評価に包含される。

なお、蒸気流出の可能性がある耐震 B, C クラス機器のうち、蒸気を内包する系統（加熱蒸気系）については、基準地震動  $S_s$  による地震力に対して耐震評価を実施してバウンダリ機能の確保を確認する、若しくは補強工事を実施することにより耐震性を確保するため破損が発生せず、蒸気影響はない。

#### 4.4 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では地震に伴い発生する溢水からの蒸気影響に対して各建屋に設置する防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。

重大事故等対処設備に対する蒸気影響評価は、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について」“2.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”に記載する評価方針に則り評価を実施する。

なお、屋外に設置する防護すべき設備（重大事故等対処設備）については、蒸気の影響がないことが明らかなため記載しない。

蒸気影響に対する評価結果を表 4.4-1 に示す。

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

評価種別：蒸気

溢水発生区画：原子炉建屋原子炉棟、原子炉建屋付属棟、廃棄物処理エリア(管理区域)、復水貯蔵タンクエリア、タービン建屋

溢水源：基準地震動 Ss による地震力に対して耐震性が確保されていない高エネルギー配管

溢水量(m³)：-

総合判定  
○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	×		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	×	×	防止	原子炉隔離時冷却系	○		○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系	○				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)	○				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	-		防止	(高圧炉心スプレイ系)					
				防止	原子炉隔離時冷却系					
	ほう酸水注入系による進展抑制	×		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	×	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○		
				防止	なし					
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	-		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	-		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	-	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	-		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	-		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)に よる原子炉格納容器内の冷却	-		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	-		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	-		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	-		防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
防止			(取水路)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○		
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								
原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし			○		
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	×		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	-	×	-	なし			○		
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により 機能復旧が可能		○	
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○				
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
				防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）					
防止			（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
					防止	原子炉圧力（SA）				
防止		原子炉水位（広帯域）								
		防止	原子炉水位（燃料域）							
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
		防止	原子炉圧力容器温度							

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			



表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
防止				ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
		緩和		ドライウエル温度				
		緩和		ドライウエル圧力				
		緩和		圧力抑制室圧力				
○		緩和		復水貯蔵タンク水位				
	緩和	原子炉格納容器下部水位						
	緩和	ドライウエル水位						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度					
緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 （代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	×	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	×			防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○			防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○			防止	ドライウエル圧力						
○			防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
			防止	原子炉圧力						
			防止	原子炉圧力 (SA)						

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設（設備）	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設（設備）	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器（ページング）			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度（空气中・水中・土壌中）及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保（緊急時対策所）	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保（緊急時対策所）	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡（緊急時対策所）	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器（ページング）			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	×		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	×	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

\*1：条文毎の重大事故対処設備の分類（防止：重大事故防止設備、緩和：重大事故緩和設備）

\*2：重大事故防止でも緩和でもない設備

注：重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等、考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

## 5.1 想定破損により生じる溢水影響評価における溢水源リスト

### 1. 想定破損により生じる溢水

内部溢水影響評価ガイドに従い、溢水影響評価上の防護対象設備を内包する原子炉建屋、制御建屋、海水ポンプ室、復水貯蔵タンクエリア、軽油タンクエリア及びタービン建屋内に敷設されている系統（水（油を含む）、蒸気）並びに溢水影響評価上の防護対象設備が設定されている建屋と接続している建屋内に敷設されている系統（水（油を含む）、蒸気）を溢水源として選定する。溢水源として想定する系統を表 5.1-1 に示す。

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（1/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御建屋	タービン建屋		補助ボイラー建屋	海水ポンプ室	CSTエリア*1	LOTエリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟(廃棄物処理エリア)		管理	非管理				
給水系	○	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
制御棒駆動水圧系	○	○	○	—	—	—	—	—	—	○*4	—	—
ほう酸水注入系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
残留熱除去系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
低圧炉心スプレイ系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
高圧炉心スプレイ系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	○*4	—	—
原子炉隔離時冷却系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉冷却材浄化系	○	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
燃料プールの冷却浄化系	—	○	○	—	—	—	—	—	—	○*4	—	—

注記\*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

\*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

\*3：当該系統の運転時間が短いため、低エネルギー配管に分類する

\*4：復水補給水系の溢水量で考慮する

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（2/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御建屋	タービン建屋		補助ボイラー建屋	海水ポンプ室	CSTエリア*1	LOTエリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟（廃棄物処理エリア）		管理	非管理				
放射性ドレン移送系	-	○	○	-	○	-	○	-	-	-	-	-
機器ドレン系	○*3	○	○	-	○	-	○	-	-	○*4	-	-
床ドレン・化学廃液系	○*3	○	○	-	○	-	○	-	-	-	-	-
ストームドレン系	-	○	-	-	○	-	○	-	-	-	-	-
廃スラッジ系	-	○	-	-	○	-	○	-	-	-	-	-
濃縮廃液系	-	○	-	-	○	-	○	-	-	-	-	-
固化系	-	○	-	-	○*5	-	○	-	-	-	-	-
復水系	○	○	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-
給水系	○	-	○	-	-	-	○	-	-	-	-	-

注記\*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

\*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

\*3：廃棄物処理エリアのみ

\*4：復水補給水系の溢水量で考慮する

\*5：休止設備であり保有水なし



表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（3/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御建屋	タービン建屋		補助ボイラー建屋	海水ポンプ室	CSTエリア*1	LOTエリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟（廃棄物処理エリア）		管理	非管理				
給水加熱器ドレン系	○	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
復水ろ過装置	○	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
復水脱塩装置	○	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
固定子巻線冷却水系	-	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
循環水系	-	○	-	-	-	-	○	-	○	-	-	-
純水補給水系	-	○	○	-	-	○	○	○	○	-	-	-
復水補給水系	-	○	○	-	-	○	○	○	-	○	-	-
ろ過水系	-	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-
燃料プール補給水系	-	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
消火用水系	-	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-
換気空調補機常用冷却水系	-	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-

注記\*1：CSTエリア；復水貯蔵タンクエリア

\*2：LOTエリア；軽油タンクエリア

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（4/7）

系統	分類		設置エリア										
	高エネ	低エネ	原子炉建屋				制御 建屋	タービン 建屋		補助 ボイラー 建屋	海水 ポンプ室	CST エリア*1	LOT エリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理エ リア)			管理	非管理				
換気空調補 機非常用冷 却水系	-	○	○	○	○	-	○	-	-	○	-	-	-
原子炉補機 冷却水系	-	○	○	○	○	-	○	-	-	○	-	-	-
タービン補 機冷却水系	-	○	-	-	-	-	○	-	-	○	-	-	-
原子炉補機 冷却海水系	-	○	-	○	-	-	-	-	-	○	-	-	-
タービン補 機冷却海水 系	-	○	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-
高圧炉心ス プレイ補機 冷却水系	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧炉心ス プレイ補機 冷却海水系	-	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	○	-
補助ボイラー 給水系統	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-
補助ボイラー 循環系統	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-
補助ボイラー 冷却系統	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-

注記\*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

\*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（5/7）

系統	分類		設置エリア										
	高エネ	低エネ	原子炉建屋				制御 建屋	タービン 建屋		補助 ボイラー 建屋	海水 ポンプ室	CST エリア*1	LOT エリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理エ リア)	管理		非管理	管理				
加熱蒸気及 び復水戻り 系	○	○*3	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
所内温水系	-	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
非常用デ イゼル発電 設備冷却水 系	-	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧炉心ス プレイゼル発 電設備冷却 水系	-	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
非常用デ イゼル発電 設備潤滑油 系	-	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧炉心ス プレイゼル発 電設備潤滑 油系	-	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-

注記\*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

\*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

\*3：当該系統の運転時間が短いため、低エネルギー配管に分類する

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（6/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御建屋	タービン建屋		補助ボイラー建屋	海水ポンプ室	CSTエリア*1	LOTエリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟（廃棄物処理エリア）		管理	非管理				
非常用ディーゼル発電機油系統	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧炉心系スデゼル発電機油系統	-	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-
非常用ディーゼル発電機油系統	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	○	○
高圧炉心系スデゼル発電機油系統	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	○	○

注記\*1：CSTエリア：復水貯蔵タンクエリア

\*2：LOTエリア：軽油タンクエリア

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（7/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御 建屋	タービン 建屋		補助 ボイラー 建屋	海水 ポンプ室	CST エリア*1	LOT エリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理工 リア)		管理	非管理				
タービン潤 滑油系	○	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
	-	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
高圧油圧系	○	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
	-	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
非放射線性下 レン移送系	-	○	○	○	-	○	-	○	○	-	-	-
	-	○	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-

注記\*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

\*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

## 5.2 高エネルギー及び低エネルギー配管の分類について

想定破損評価においては、配管を高エネルギー配管及び低エネルギー配管に分類し、評価を実施しているが、高エネルギー配管に分類される系統であっても、運転期間が短時間である場合については、評価上低エネルギー配管として評価を実施している。この考え方を以下に示す。

内部溢水影響評価ガイド付録Aには、高エネルギー配管であっても高エネルギー状態にある運転期間が短時間（プラントの通常運転時の1%より小さい）である場合には、低エネルギー配管とすることができると定められている。

「通常運転」としては、ガイドが「高エネルギー状態にある運転期間」が短時間である系統の配管の考え方の参考とした米国NRCのStandard ReviewPlan(SRP) Branch Technical Position(BTP)3-4「Postulated Rupture Locations in Fluid System Piping Inside and Outside Containment」では、「原子炉起動，出力運転中，温態待機，低温停止状態までの冷却期間」とされるが、ここでは設置許可基準規則第二条2項2の定義を用い、プラントの停止中を含む全期間とする。この場合の女川原子力発電所第2号機の通常運転時間を表5.2-1に示す。

表 5.2-1 女川原子力発電所第2号機のプラント運転時間

号機	開始日 (営業運転開始日)	最終日	通常運転開始(h)
2	1995/07	2010/11	133921

また、各系統の「高エネルギー状態にある運転期間」の合計は、上記通常運転期間における各系統の高エネルギー状態にある運転時間の合算とする。

以上をもとに、高エネルギー配管であっても運転期間の割合が小さいことから低エネルギー配管とした6系統について、「高エネルギー状態にある運転期間」の算出結果を表5.2-2に示す。この結果より、全ての系統において「高エネルギー状態にある運転期間」が「通常運転」期間の1%より小さいことを確認したため、低エネルギー配管として評価する。

表 5.2-2 高エネルギー状態の運転期間割合算出結果

系統名	高エネルギー状態 にある運転時間 (h)	高エネルギー状態に ある運転時間割合 (%)	計算式*
ほう酸水注入系	A : 63 B : 63	A : 0.05 B : 0.05	A : 63h/133921h=0.05% B : 63h/133921h=0.05%
残留熱除去系	A : 28 B : 23 C : 14	A : 0.03 B : 0.02 C : 0.02	A : 28h/133921h=0.03% B : 23h/133921h=0.02% C : 14h/133921h=0.02%
低圧炉心スプレイ系	133	0.10	133h/133921h=0.10%
高圧炉心スプレイ系	189	0.15	189h/133921h=0.15%
原子炉隔離時冷却系	99	0.08	99h/133921h=0.08%
加熱蒸気及び復水戻り系（原子炉隔離時冷却系タービンテストライン）	3	0.01	3h/133921h=0.01%

注記\*：計算結果は小数点第三位切り上げ

### 5.3 高エネルギー及び低エネルギー配管の応力評価について

#### 1. 高エネルギー配管の応力評価

女川原子力発電所第2号機において高エネルギー配管のうち想定破損除外の適用（応力評価）を実施する対象配管は加熱蒸気及び復水戻り系であり，非安全系の配管であることから，溢水ガイド附属書Aのクラス2,3又は非安全系の配管に適用される計算式により応力評価を実施し，評価条件を満足することを確認する。

供用状態A, B及び(1/3)Sd地震荷重に対して設計・建設規格PPC-3530(1)b.の計算式により計算した（一次応力＋二次応力） $S_n$ が，設計・建設規格PPC-3530(1)d.の計算式により求めた許容応力 $S_a$ の0.4倍以下であることを確認する。

$S_a$ の算出

設計・建設規格PPC-3530(1)d.の計算式から算出する。

$$S_a = 1.25fS_c + (1.2 + 0.25f)S_h$$

【炭素鋼（STPT38）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 93 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 93 \\ &= 251.1 \\ &= 251 \text{（小数点以下を切り捨て）} \end{aligned}$$

【炭素鋼（STPA23）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 103 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 103 \\ &= 278.1 \\ &= 278 \text{（小数点以下を切り捨て）} \end{aligned}$$

【炭素鋼（STS42）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 103 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 103 \\ &= 278.1 \\ &= 278 \text{（小数点以下を切り捨て）} \end{aligned}$$

ここで，

$S_a$ ：許容応力 (MPa)

$f$ ：許容応力低減係数（=1.0）

$S_c$ ：室温における付録材料図表 Part5 に規定する材料の許容引張応力

$S_h$ ：使用温度における付録材料図表 Part5 に規定する材料の許容引張応力



加熱蒸気及び復水戻り系配管は、通年（運転時、定検時）において、圧力は一定に保つよう設定されているため、有意な温度変化は受けず、また、補機の発停回数も有意な回数がないことから、表 5.3-1 より応力低減係数を 1.0 に設定した。

表 5.3-1 許容応力低減係数（設計・建設規格 PPC-3530 より抜粋）



設計・建設規格付録材料図表の抜粋を 5.3-1 図に示す。

破損想定除外を実施する高エネルギー配管の応力評価結果を表 5.3-2 に、評価を実施するモデルの配管図を 5.3-2 図に示す。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

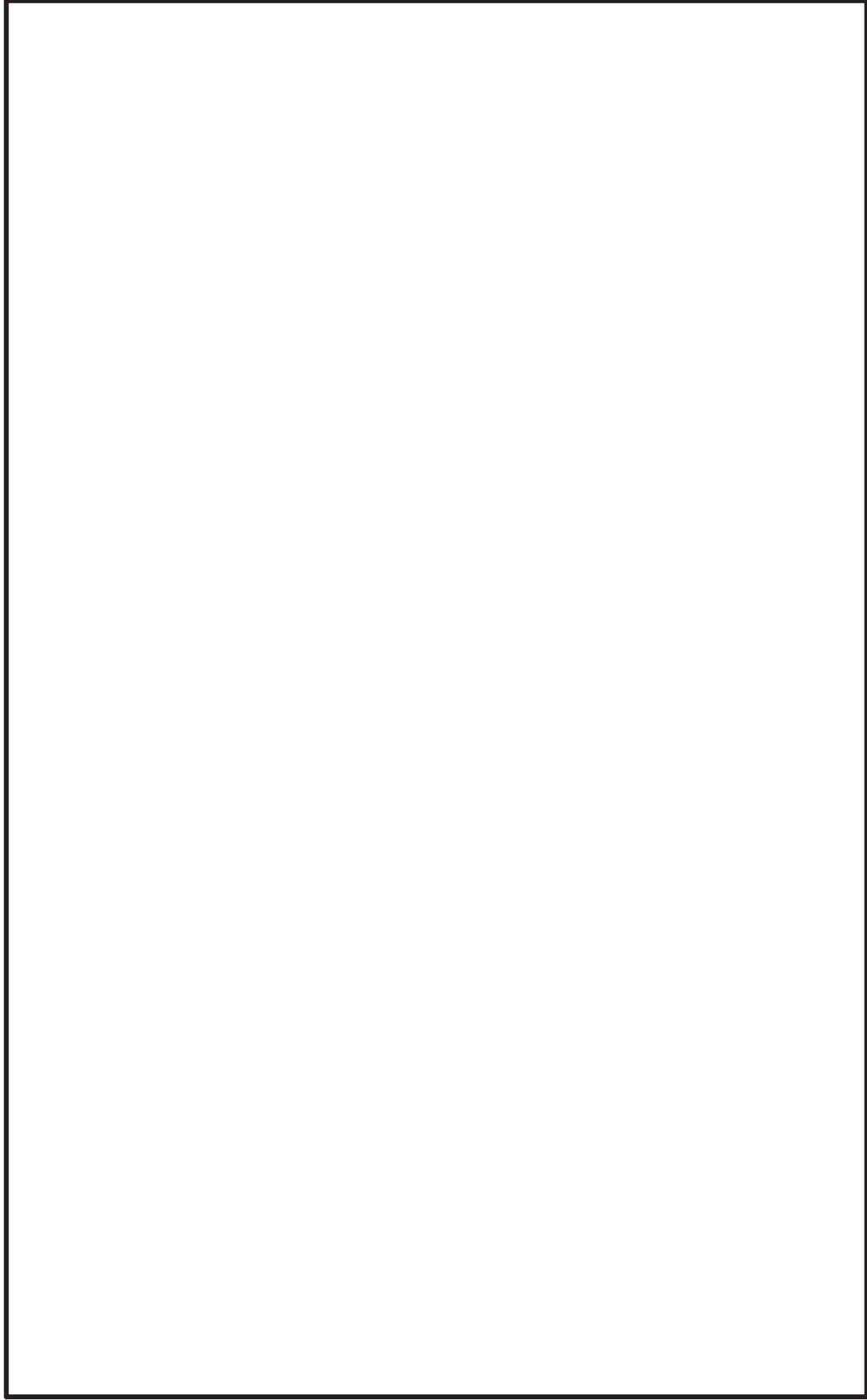
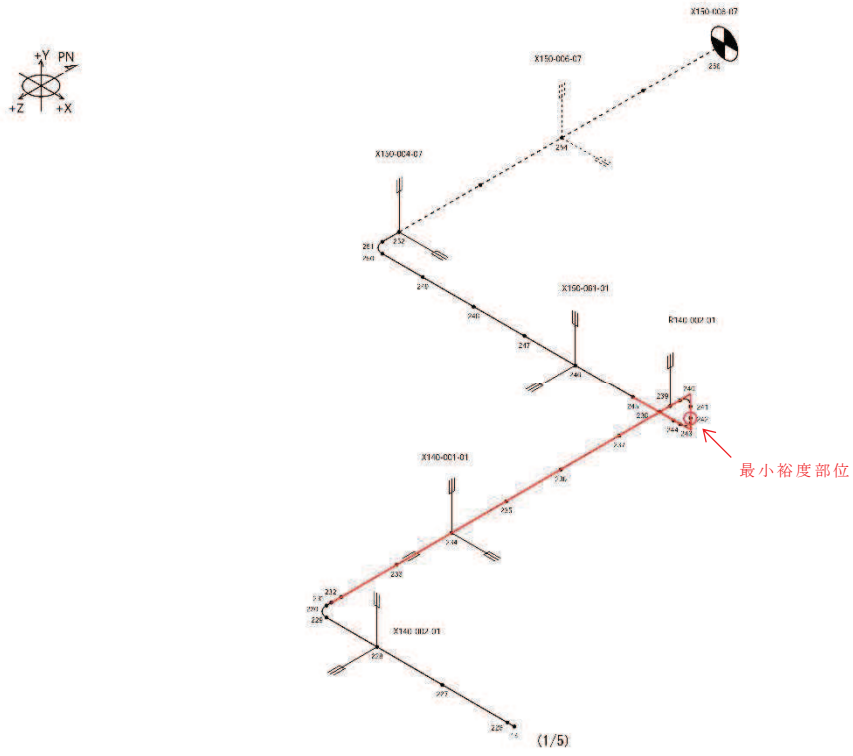


図 5.3-1 設計・建設規格 付録図表 (抜粋)

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（1/7）

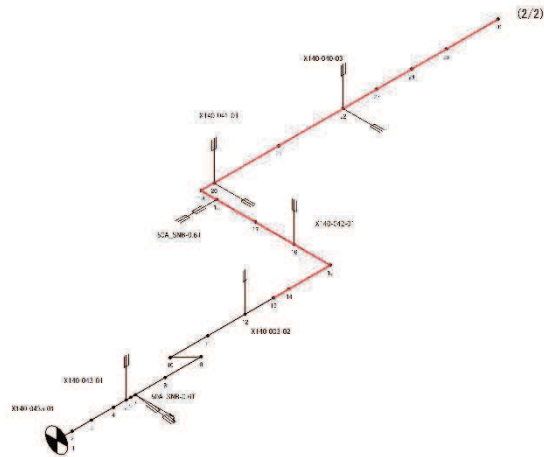
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-002	R/B	R-1F-5	67	100



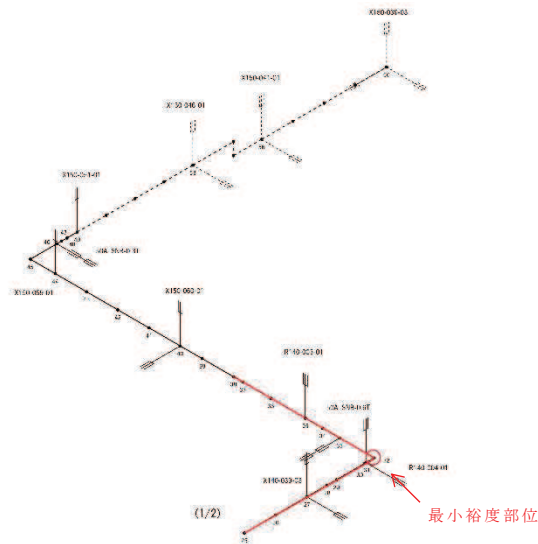
5.3-2 図 配管図（1/7）

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（2/7）

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-001	R/B	R-1F-5	51	100
			R-1F-12		



鳥瞰図 HS-001 (1/2)

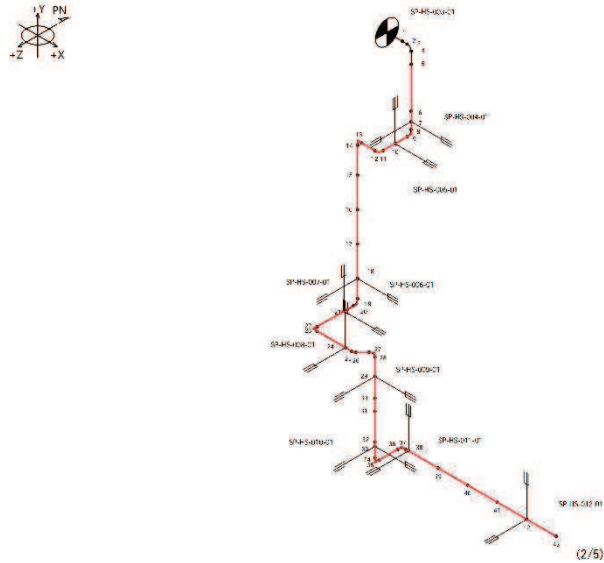


鳥瞰図 HS-001 (2/2)

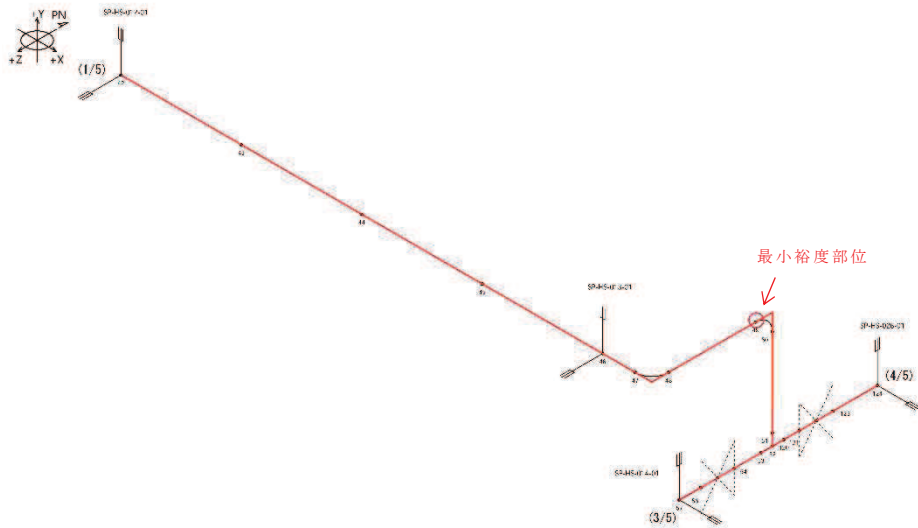
5.3-2 図 配管図 (2/7)

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（3/7）

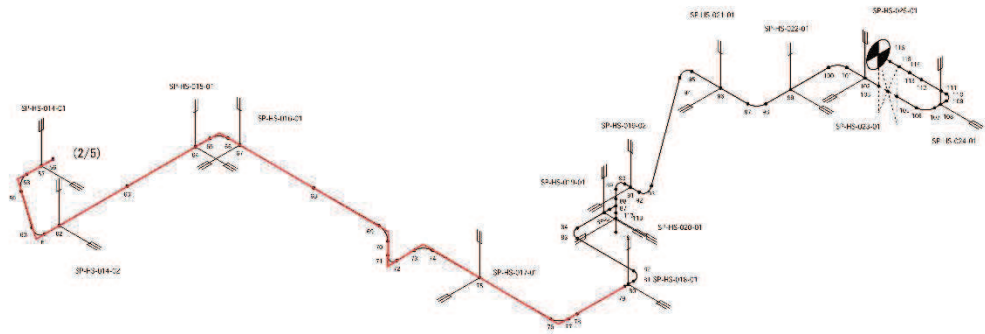
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-001-1	R/B	R-B1F-1	91	100
			R-B2F-1		



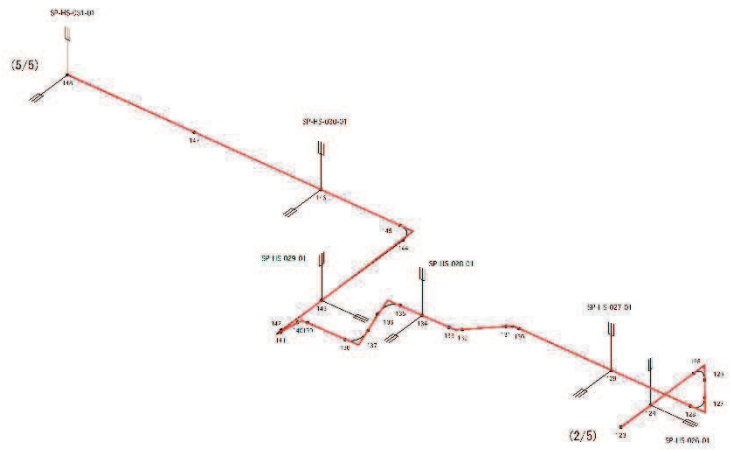
鳥瞰図 HS-001-1 (1/5)



鳥瞰図 HS-001-1 (2/5)



鳥瞰図 HS-001-1 (3/5)

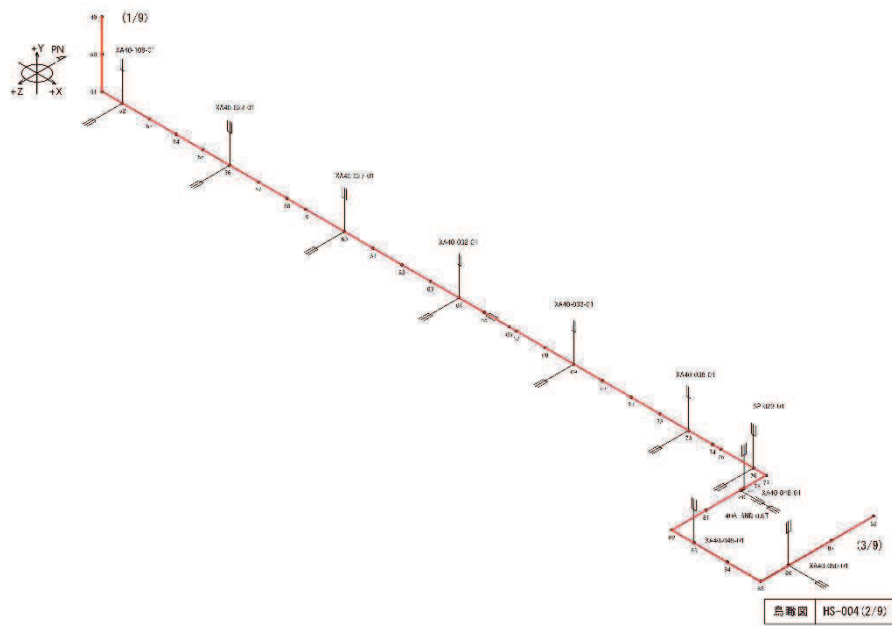
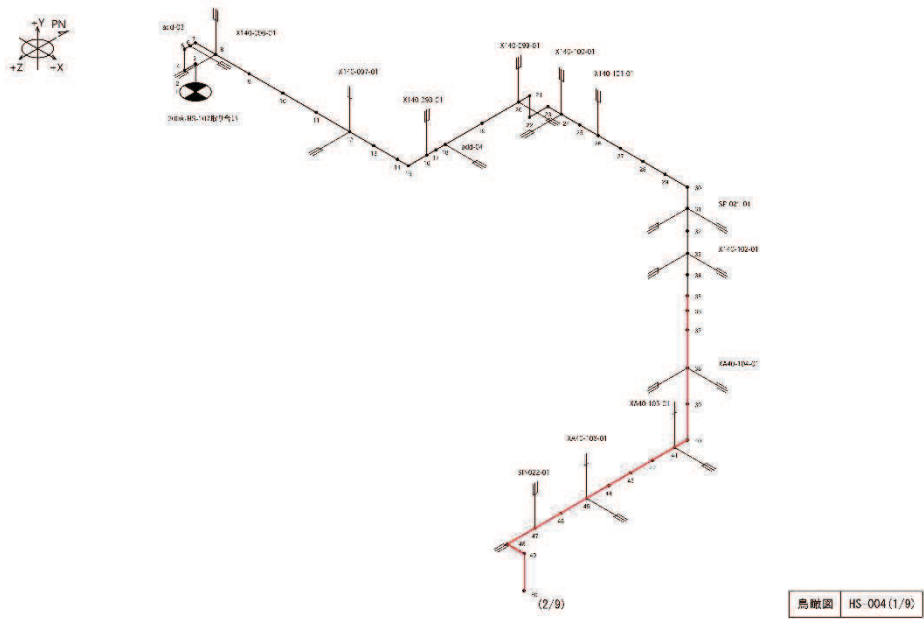


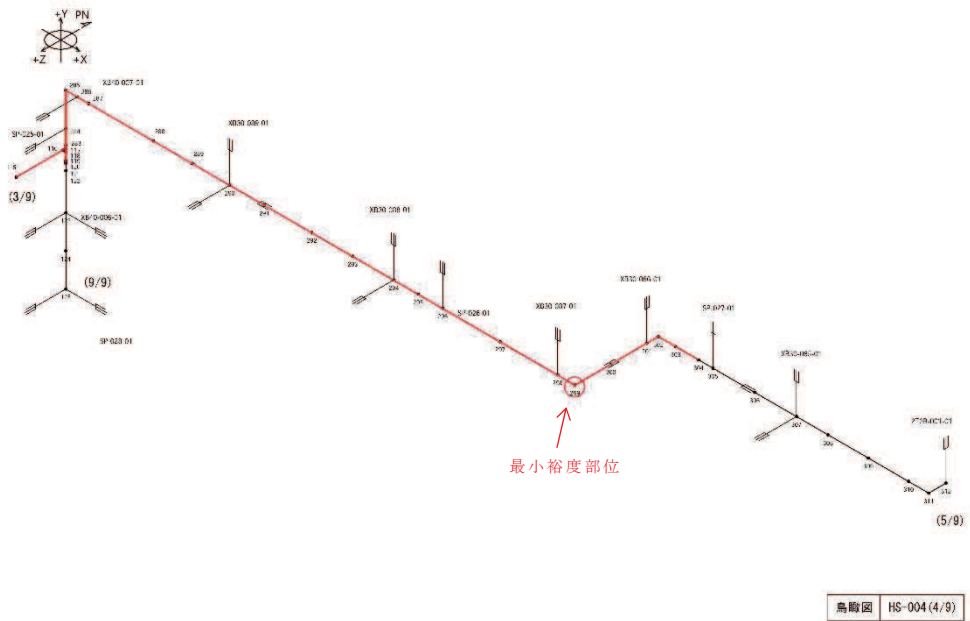
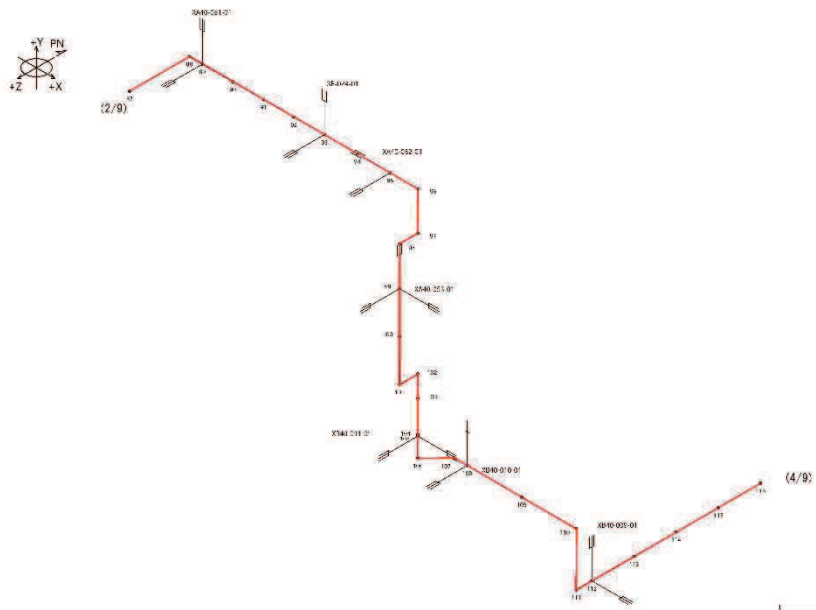
鳥瞰図 HS-001-1 (4/5)

5.3-2 図 配管図 (3/7)

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（4/7）

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-004	R/B	R-B1F-1	95	100
			R-B2F-1		
			R-B2F-5		



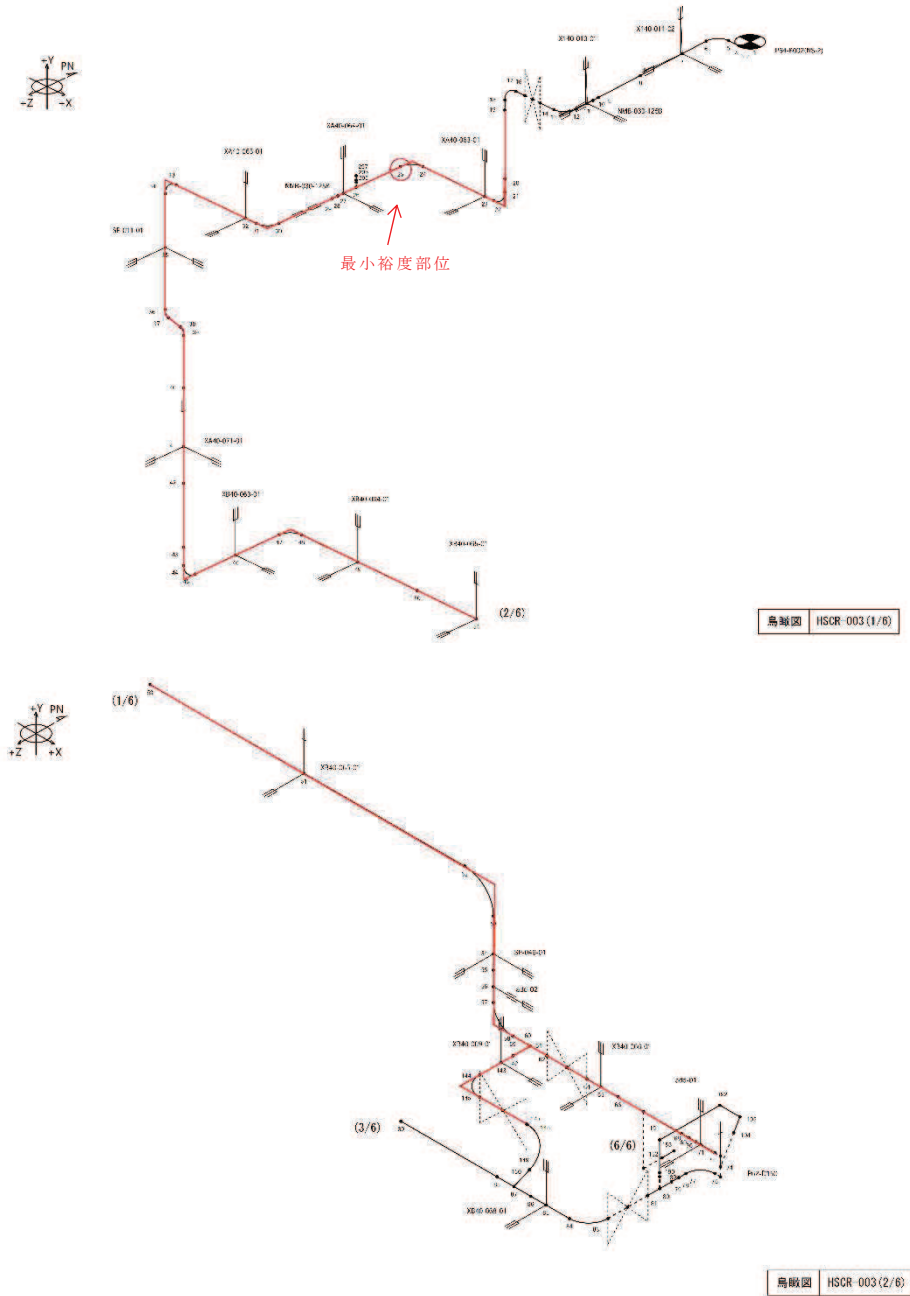


5. 3-2 図 配管図 (4/7)



表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（5/7）

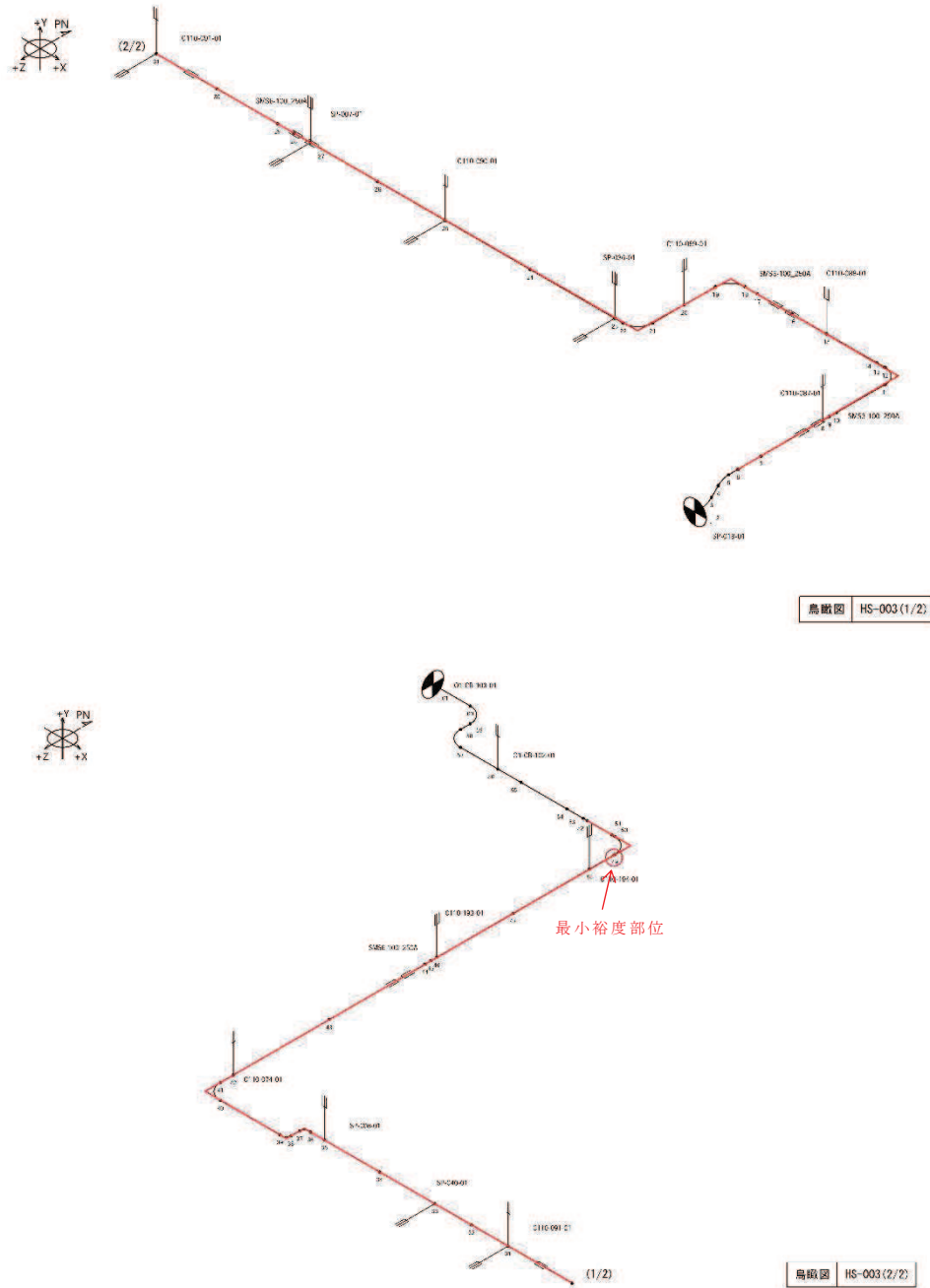
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HSCR-003	R/B	R-B1F-1	99	111
			R-B2F-1		



5.3-2 図 配管図 (5/7)

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（6/7）

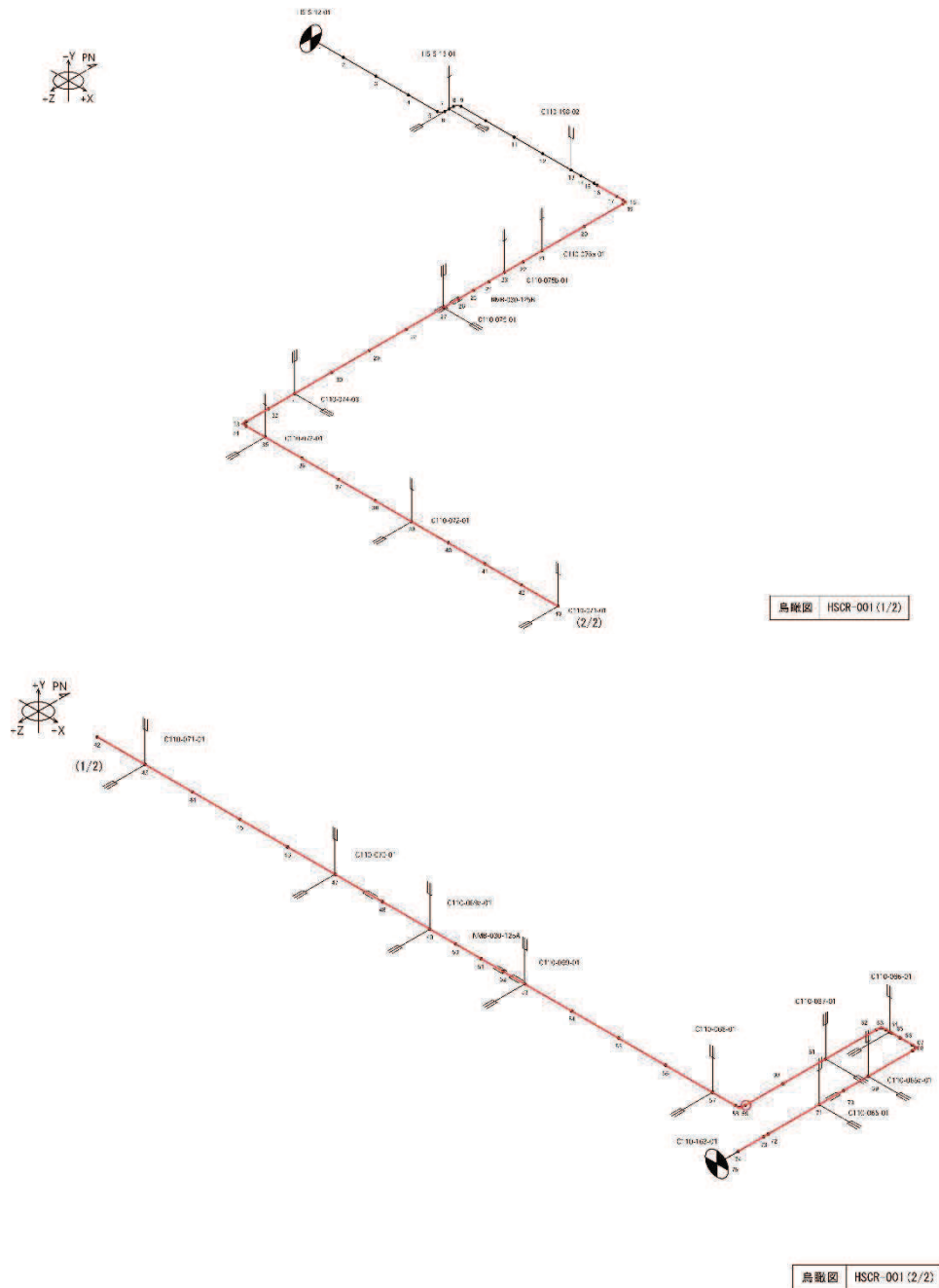
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-003	R/B	C-1F-1	99	100
			C-1F-3		



5.3-2 図 配管図（6/7）

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（7/7）

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HSCR-001	C/B	C-1F-1	80	111
			C-1F-3		



5.3-2 図 配管図（7/7）

## 2. 低エネルギー配管の応力評価

女川原子力発電所第 2 号機において低エネルギー配管のうち想定破損除外の適用（応力評価）を実施する対象配管はクラス 2 又は非安全系の配管であることから、溢水ガイド附属書 A のクラス 2, 3 又は非安全系の配管に適用される計算式により応力評価を実施し、評価条件を満足することを確認する。

供用状態 A, B 及び(1/3)Sd 地震荷重に対して設計・建設規格 PPC-3530(1)b. の計算式により計算した（一次応力+二次応力） $S_n$  が、設計・建設規格 PPC-3530(1)d. の計算式により求めた許容応力  $S_a$  の 0.4 倍以下であることを確認する。

$S_a$  の算出

設計・建設規格 PPC-3530(1)d. の計算式から算出する。

$$S_a = 1.25fS_c + (1.2 + 0.25f)S_h$$

### 【炭素鋼（STPG38）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 93 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 93 \\ &= 251.1 \end{aligned}$$

### 【炭素鋼（STS42）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 103 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 103 \\ &= 278.1 \end{aligned}$$

### 【炭素鋼（STPT49）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 120 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 120 \\ &= 324.0 \end{aligned}$$

ここで、

$S_a$  : 許容応力 (MPa)

$f$  : 許容応力低減係数 (= 1.0)

$S_c$  : 室温における付録材料図表 Part5 に規定する材料の許容引張応力

$S_h$  : 使用温度における付録材料図表 Part5 に規定する材料の許容引張応力

7000 回は約 20 年間毎日温度変化サイクルがあることを意味しており、通常の系では 7000 回以下と考えられる。

本システムにおいては毎日において有意な温度変化は受けないため、表 5.3-3 より、応力低減係数を 1.0 とした。

表 5.3-3 許容応力低減係数（設計・建設規格 PPC-3530 より抜粋）



設計・建設規格付録材料図表の抜粋を 5.3-3 図に示す。

破損想定除外を実施する低エネルギー配管の応力評価結果を表 5.3-4 に、評価を実施するモデルの配管図を 5.3-4 図に示す。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

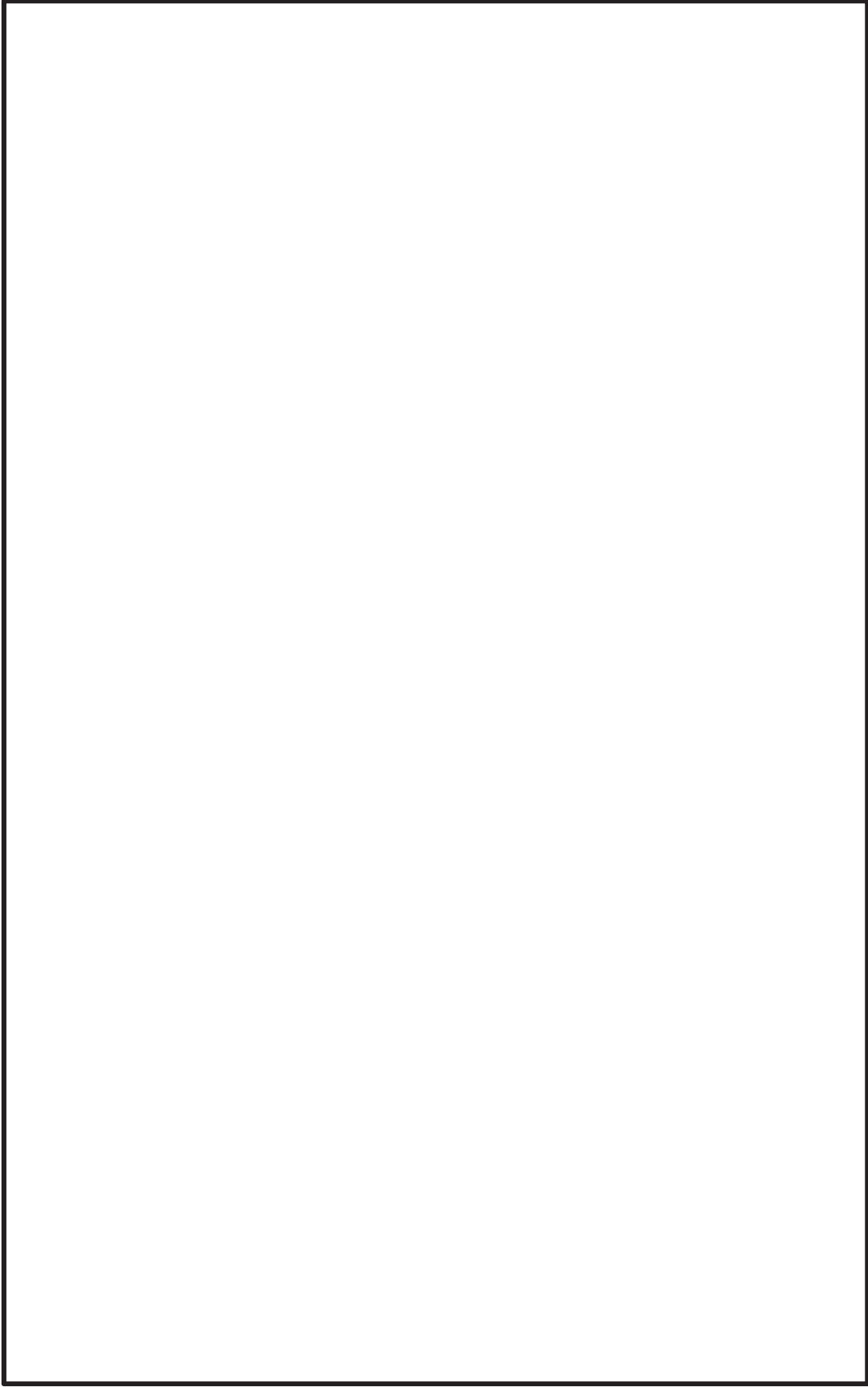
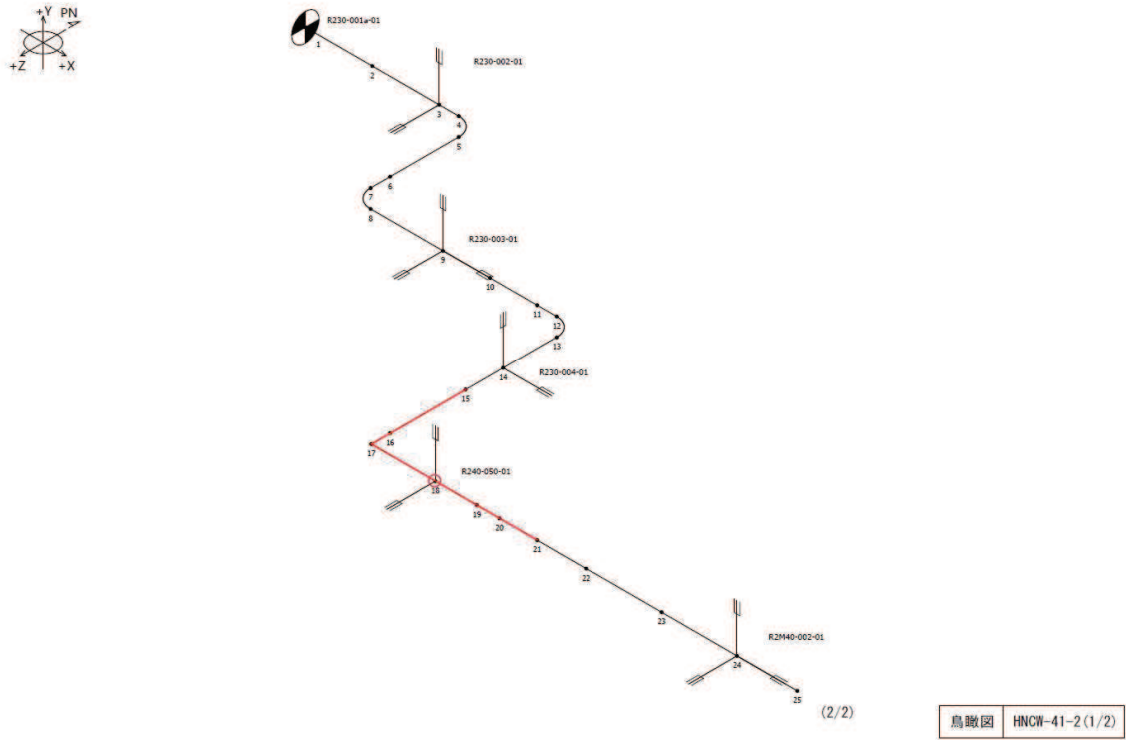


図 5.3-3 設計・建設規格 付録図表 (抜粋)

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (1/14)

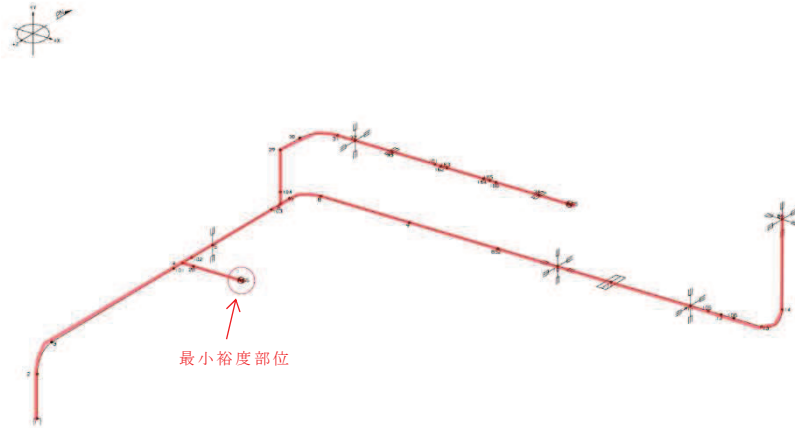
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
換気空調補機 常用冷却水系	HNCW-41-2	R/B	R-2F-1-1	50	100



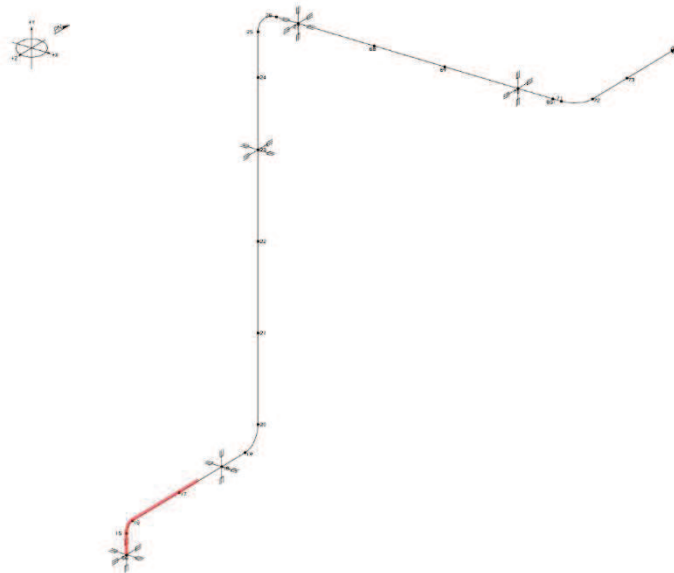
5.3-4 図 配管図 (1/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (2/14)

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
原子炉隔離時 冷却系	RCIC-002	R/B	R-B3F-2	115	129

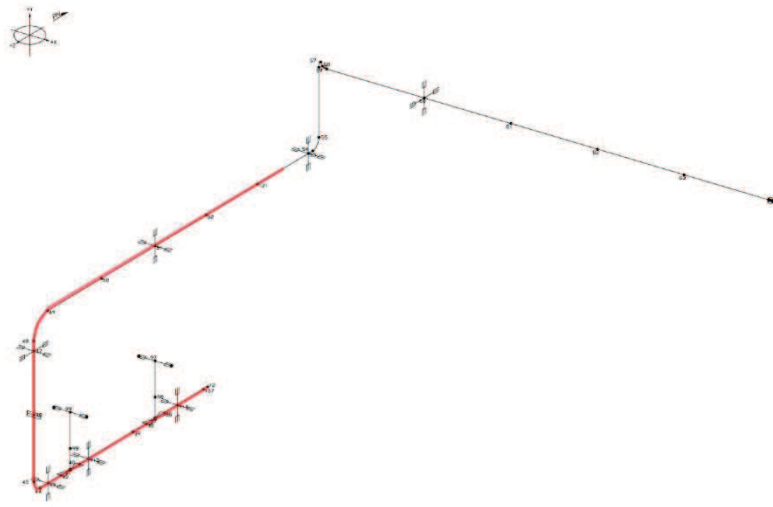


添付図  
D-2 RCIC-002  
部分図 1/2



添付図  
D-2 RCIC-002  
部分図 2/2



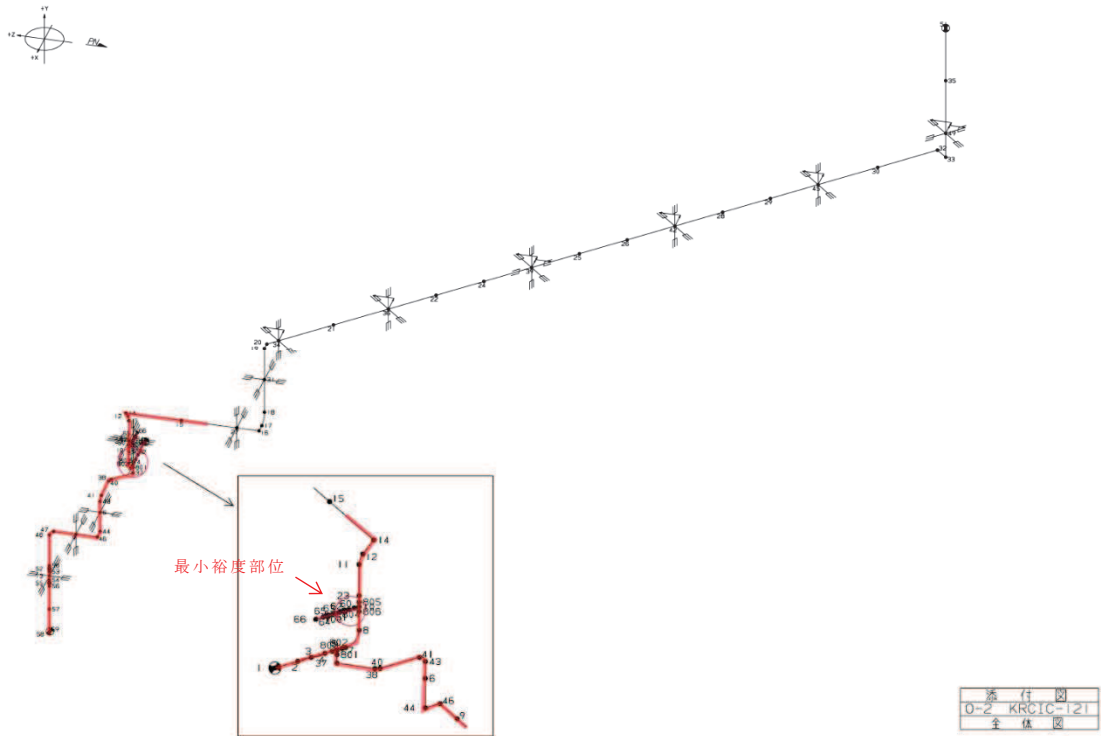


设计图
0-2 配管-002
第 3 / 3 页

5.3-4 图 配管图 (2/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (3/14)

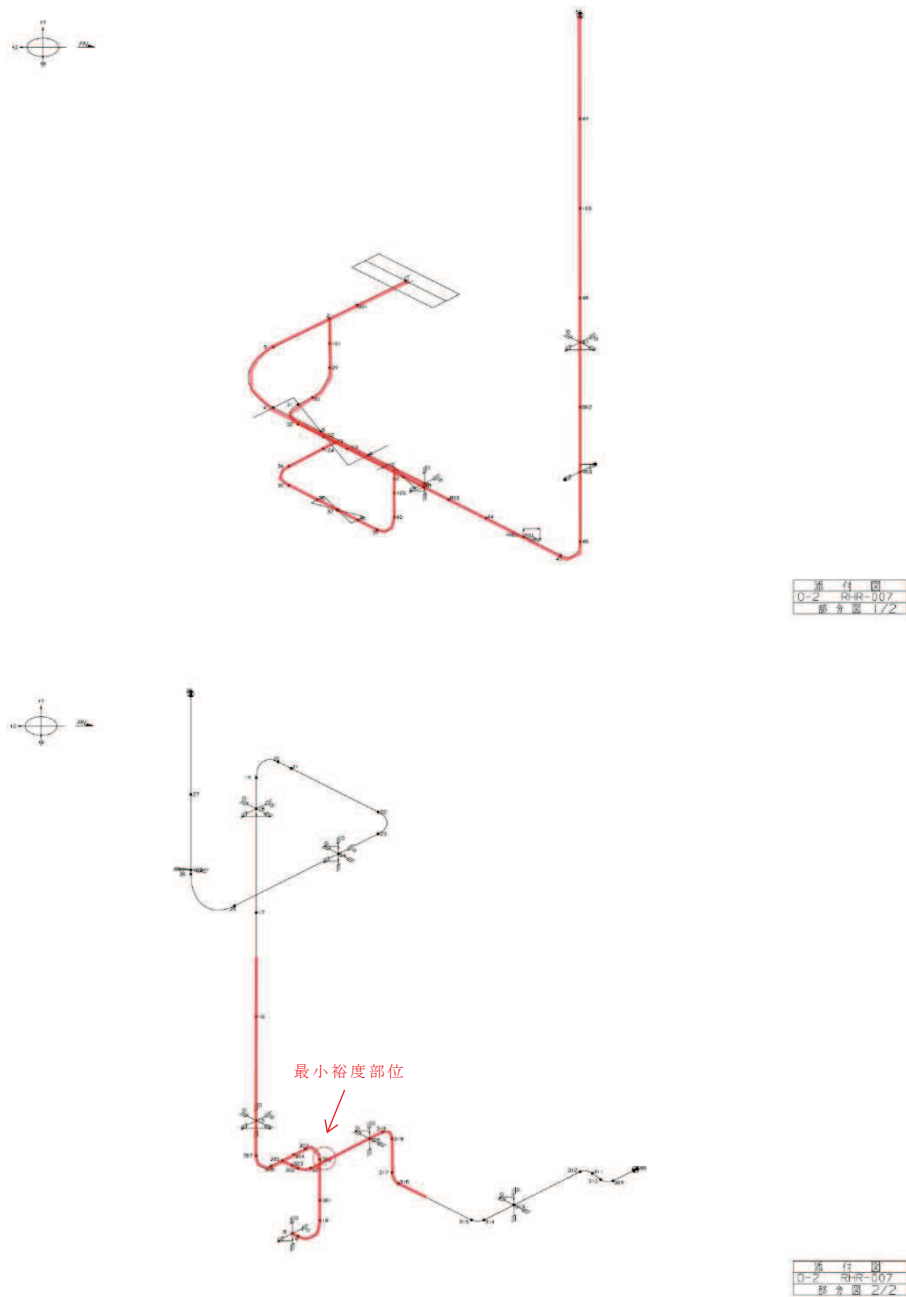
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
原子炉隔離時 冷却系	KRCIC-121	R/B	R-B3F-2	108	111



5.3-4 図 配管図 (3/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (4/14)

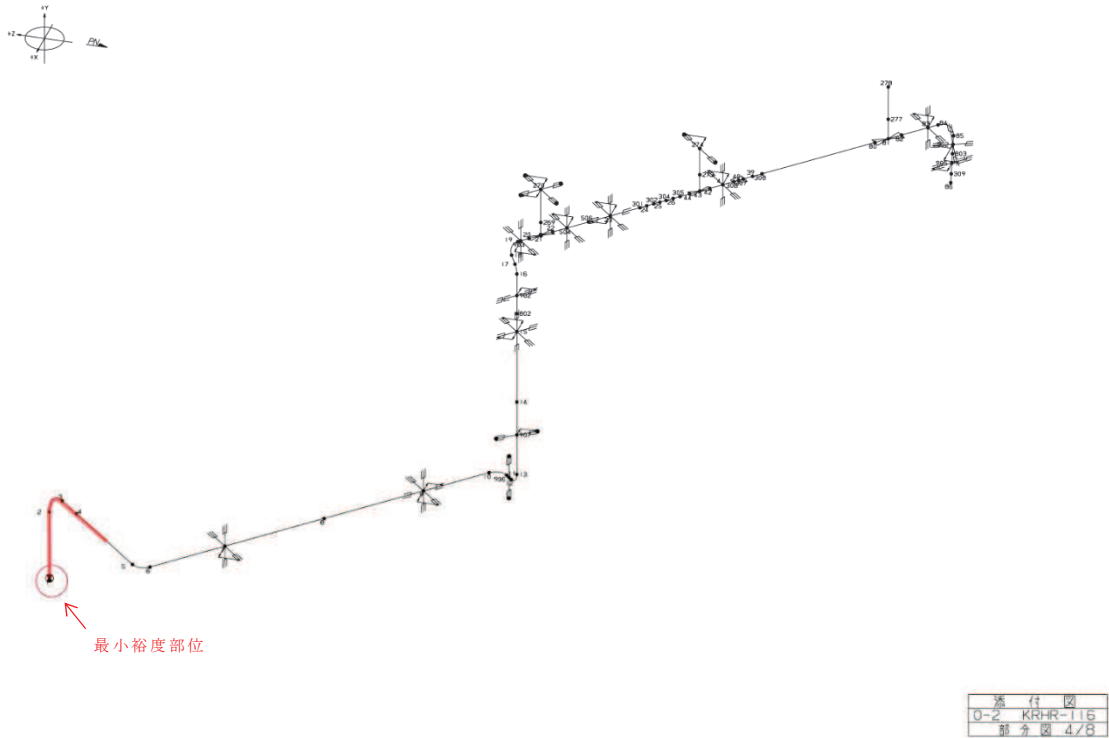
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-007	R/B	R-B3F-3	109	111



5.3-4 図 配管図 (4/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (5/14)

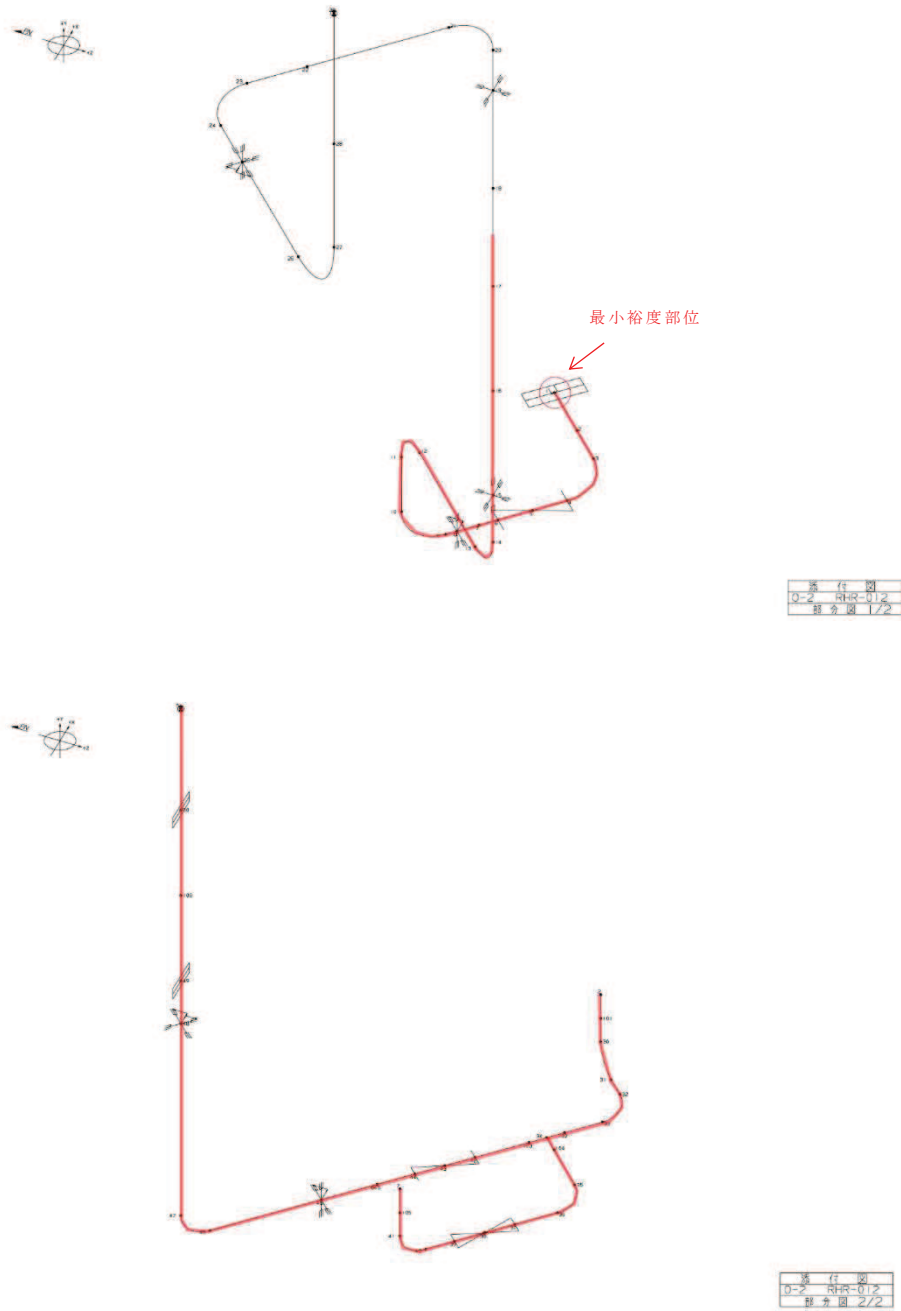
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	KRHR-116	R/B	R-B3F-3	92	111



5.3-4 図 配管図 (5/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (6/14)

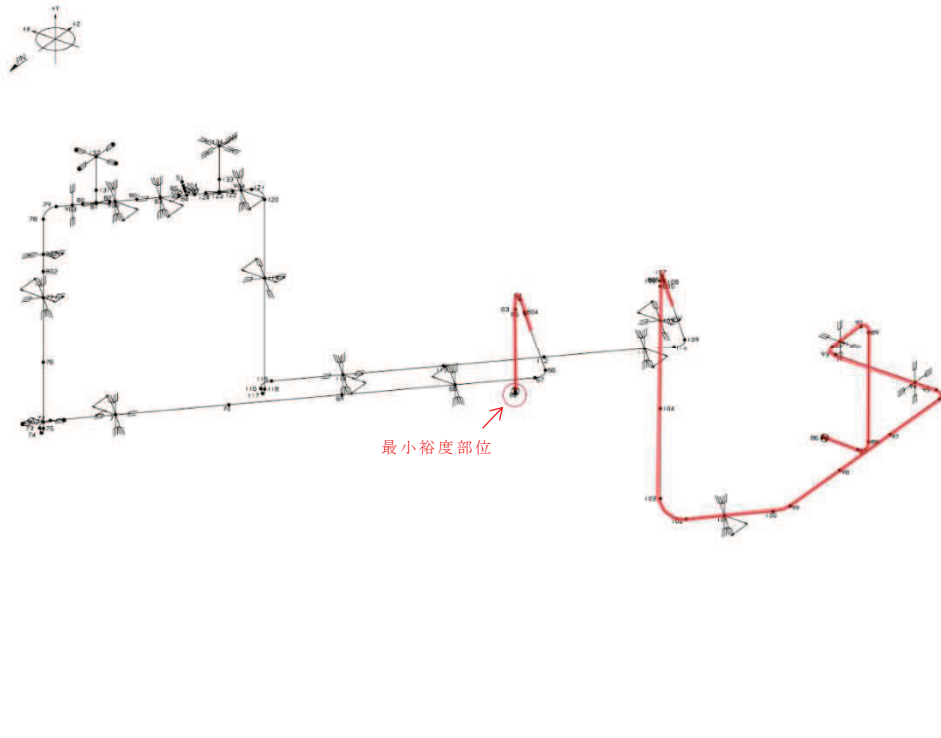
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-012	R/B	R-B3F-6	87	111



5.3-4 図 配管図 (6/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (7/14)

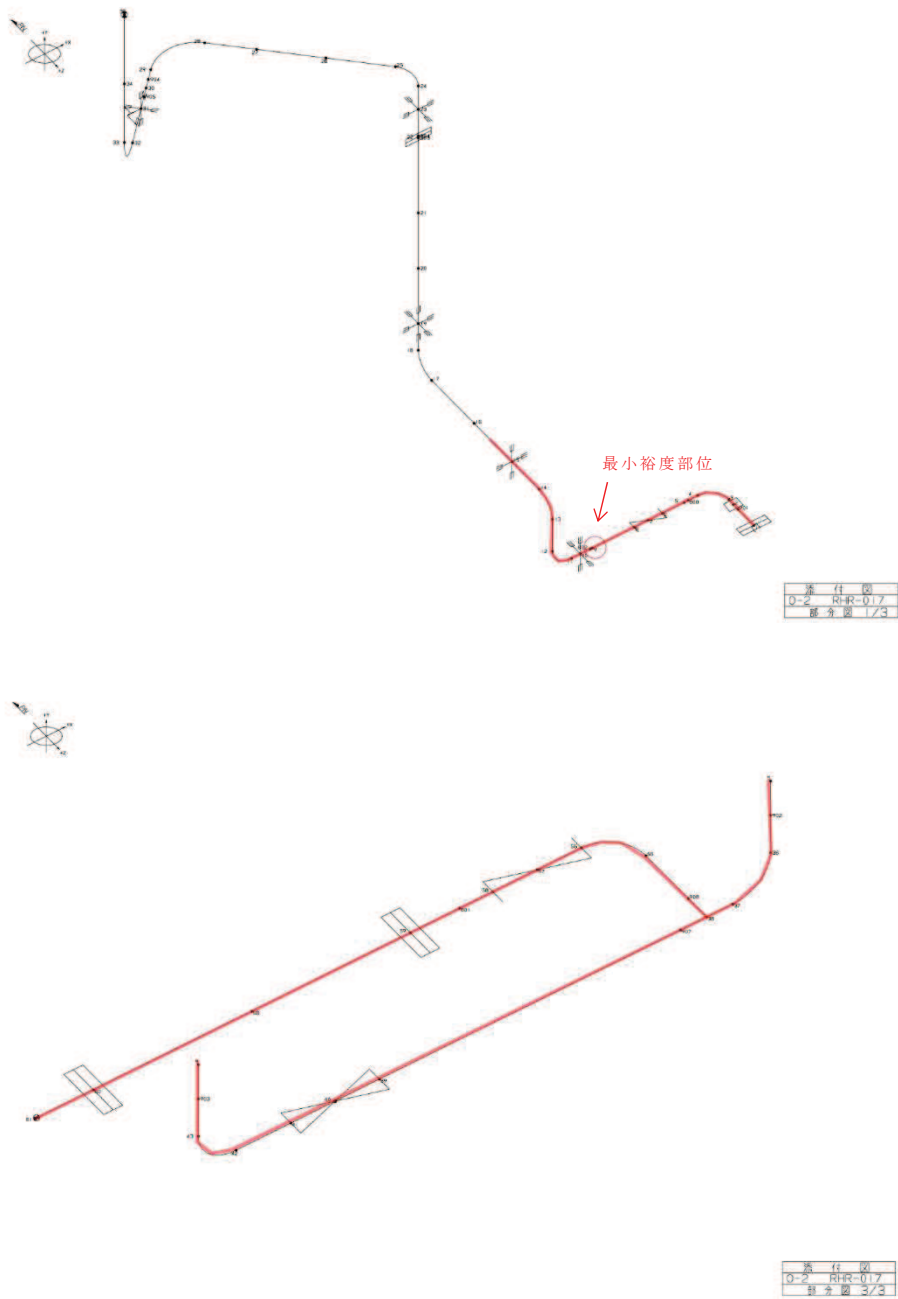
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	KRHR-146	R/B	R-B3F-6	102	111
			R-B3F-7		



5.3-4 図 配管図 (7/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (8/14)

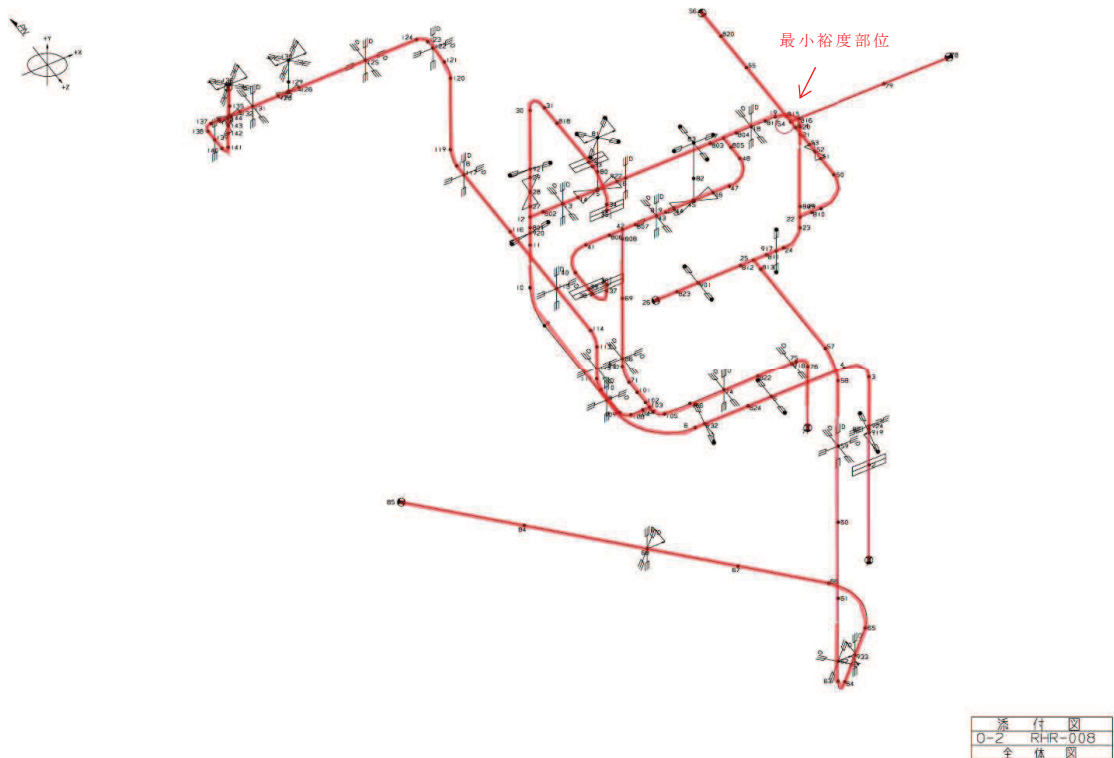
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-017	R/B	R-B3F-7	69	111



5.3-4 図 配管図 (8/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (9/14)

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-008	R/B	R-1F-1	102	111
			R-1F-2		
			R-B1F-3-2		
			R-B1F-13		
			R-MB1F-1		
			R-B3F-10		

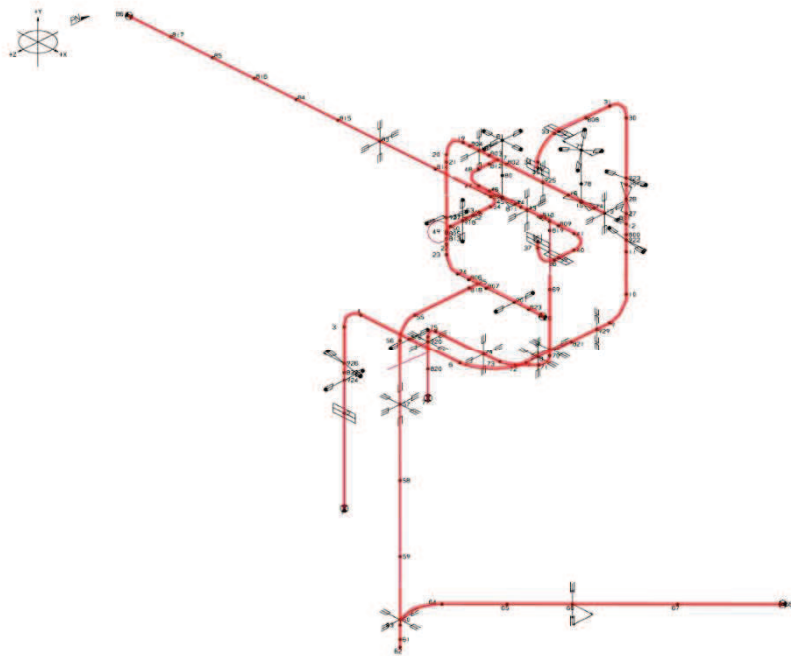


5.3-4 図 配管図 (9/14)



表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (10/14)

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-013	R/B	R-1F-11	110	111
			R-B1F-3-2		
			R-B1F-14		
			R-MB1F-2		
			R-B3F-10		

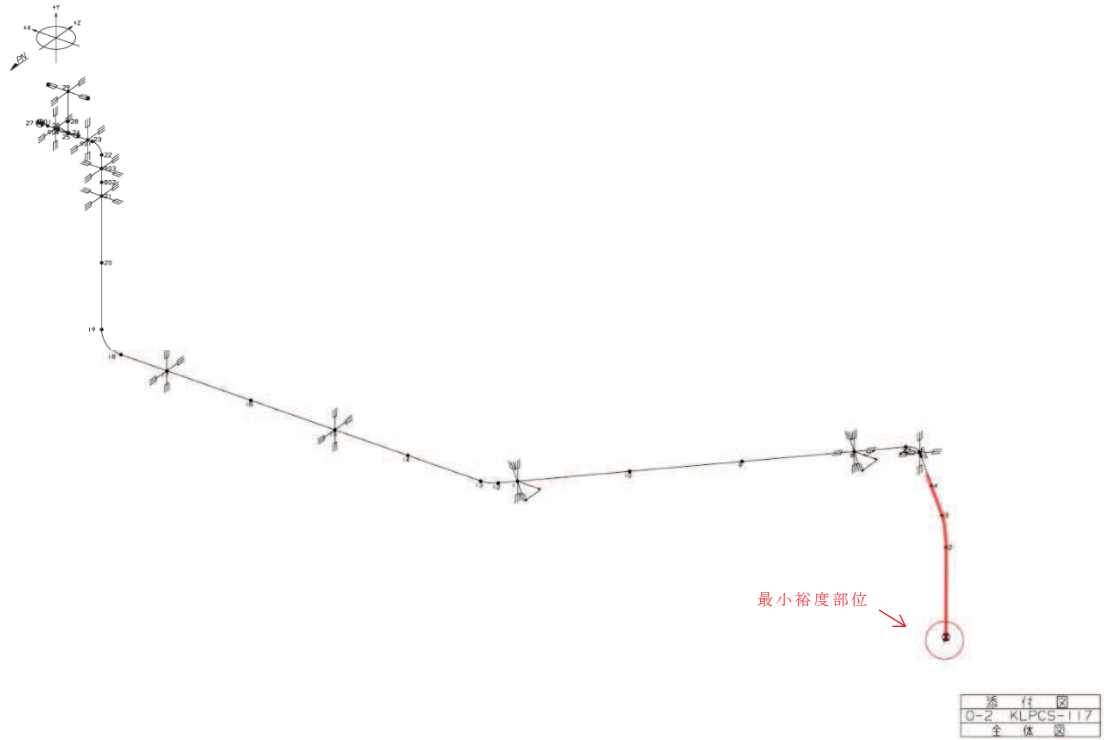


添付図
0-2 RHR-013
全図

5.3-4 図 配管図 (10/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (11/14)

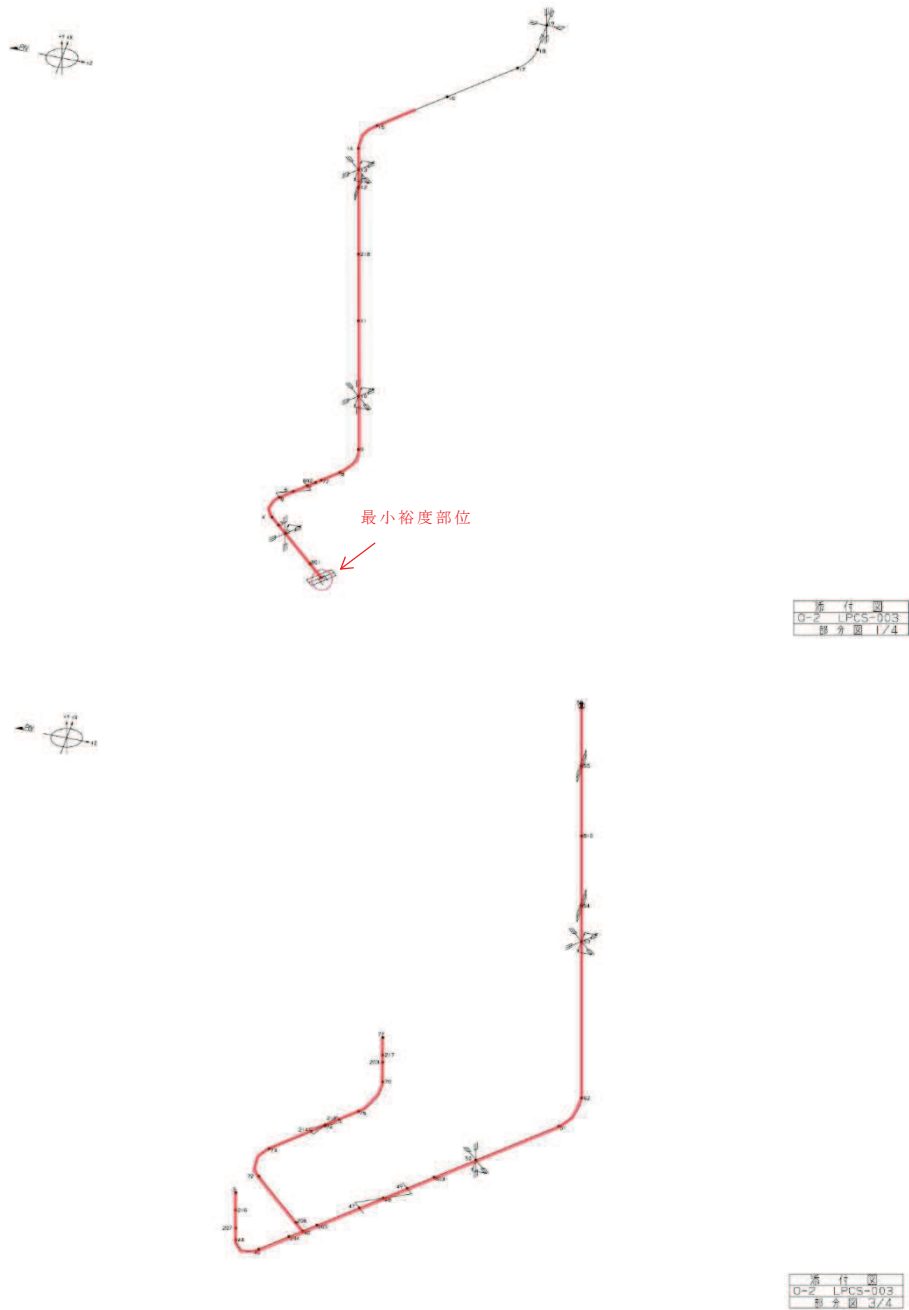
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
低圧炉心 スプレイ系	KLPCS-117	R/B	R-B3F-4	63	111



5.3-4 図 配管図 (11/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (12/14)

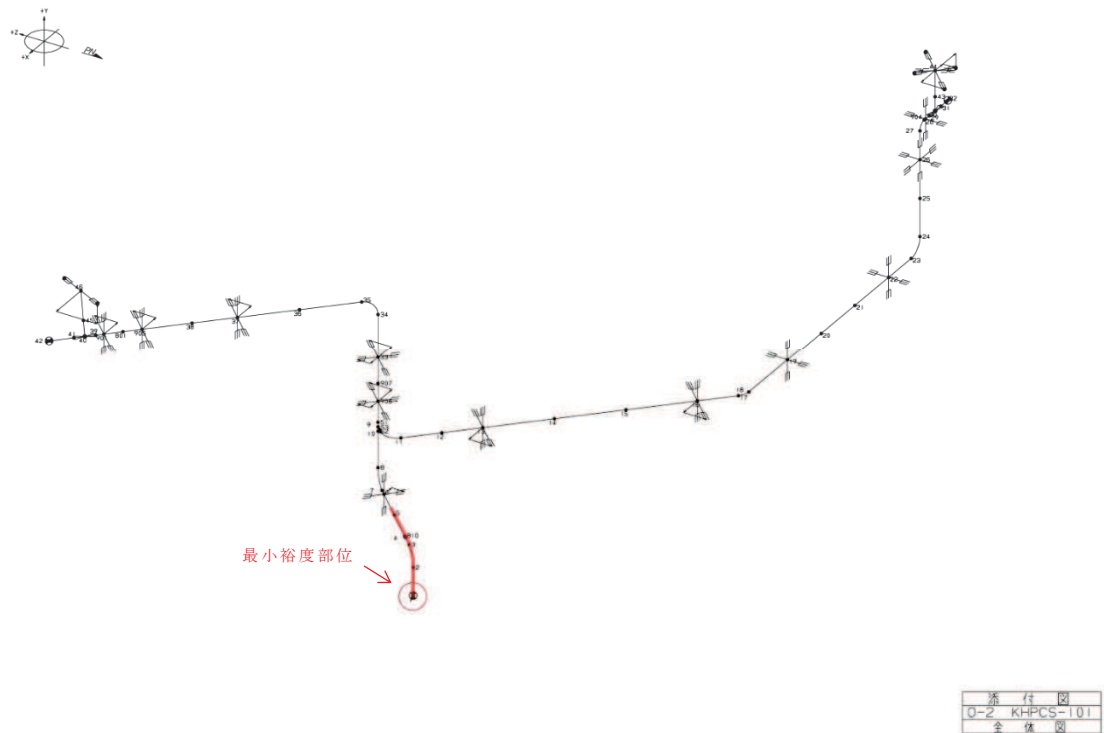
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
低圧炉心 スプレイ系	LPCS-003	R/B	R-B3F-4	93	111



5.3-4 図 配管図 (12/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (13/14)

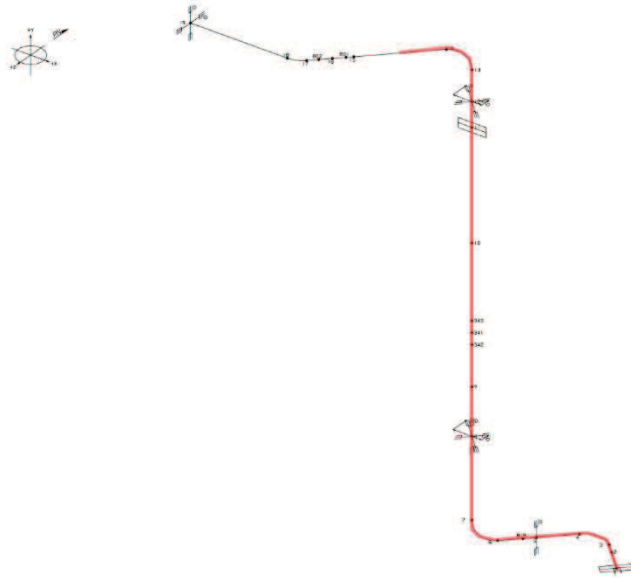
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
高圧炉心 スプレイ系	KHPCS-101	R/B	R-B3F-5	62	111



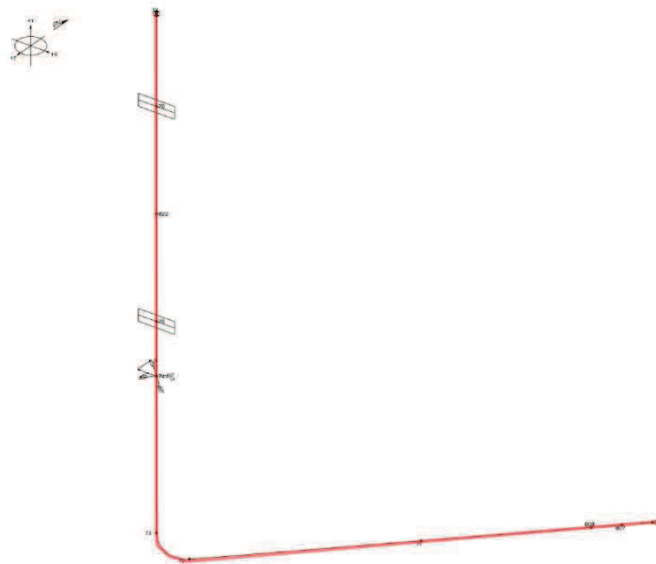
5.3-4 図 配管図 (13/14)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (14/14)

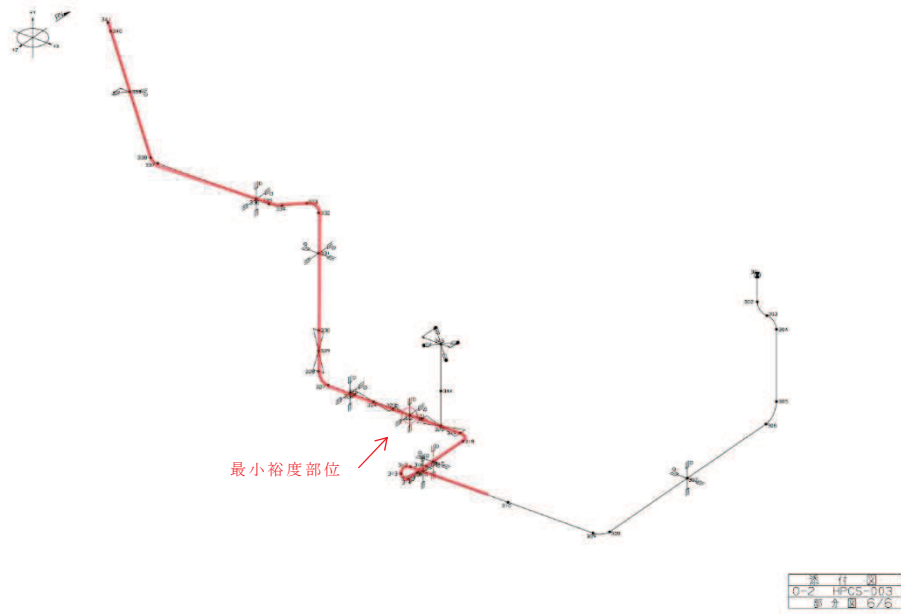
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
高圧炉心 スプレイ系	HPCS-003	R/B	R-B2F-3	97	111
			R-B3F-5		



添付図  
0-2 HPCS-003  
部分図 1/2



添付図  
0-2 HPCS-003  
部分図 3/5



5.3-4 图 配管图 (14/14)

## 5.4 想定破損における減肉の考慮について

### 1. 概要

配管破損の想定にあたっては、「原子力発電所の内部溢水影響評価ガイド」（以下「評価ガイド」という。）の附属書A「流体を内包する配管の破損による溢水詳細評価手法について」を参照して破損形状を特定している。

評価ガイドでは、「2.2 減肉による破損」の想定にあたっては、「注2) 設計や管理と破損の想定について」のただし書きとして、「減肉対策として当該部部の肉厚測定を非破壊検査によって定期的実施している等、当該部位の材料のき裂状況や減肉状況を定期的に直接把握している場合は、破損による漏えいを確実に防止できることから、破損を想定しなくてもよい。」とある。

ここで、女川原子力発電所第2号機において、上記の規定に基づき、内部溢水の影響評価上、破損を想定しないこととする高エネルギー及び低エネルギー配管については、減肉の有無を確認し、今後の運用において減肉等による破損がないこととする。以下に、減肉の有無の確認方法と結果を示す。

### 2. 対象系統の抽出及び腐食モード等の検討

#### 2.1 対象とする系統

想定破損を除外する系統の内、定期事業者検査において非破壊検査による配管よる配管肉厚測定を実施している加熱蒸気及び復水戻り系は除外とし、これ以外の減肉量を直接かつ定期的に管理していない系統を対象とする。

#### 2.2 材料

内部溢水評価において想定破損を除外する配管は、全て炭素鋼配管である。

#### 2.3 腐食モード

配管強度に影響をおよぼす腐食モードとしては、流れ加速型腐食（FAC）及び全面腐食が考えられるが、低温配管については、FACの感受性が低いことから、主に全面腐食を検討する。

#### 2.4 水質

炭素鋼の全面腐食の加速因子として支配的なものは、溶存酸素、pH、塩分濃度、水室条件である。想定破損を除外する系統の水源は純水タンク、復水貯蔵タンク、サプレッションプールである。

以上の検討結果より肉厚測定対象系統及び肉厚測定箇所を考え方を表 5. 4-1 に示し、また肉厚測定箇所を図 5. 4-1 に示す。

表 5. 4-1 肉厚測定対象系統及び肉厚測定箇所の考え方

肉厚測定対象系統	系統概要	肉厚測定箇所
HNCW	内包水は純水であり、防食剤を含む定常的な流れのある系統	想定破損を除外する範囲において、減肉が想定される箇所（配管エルボ部、ポンプ吐出など）を選定
RHR		
LPCS		
HPCS		
RCIC		



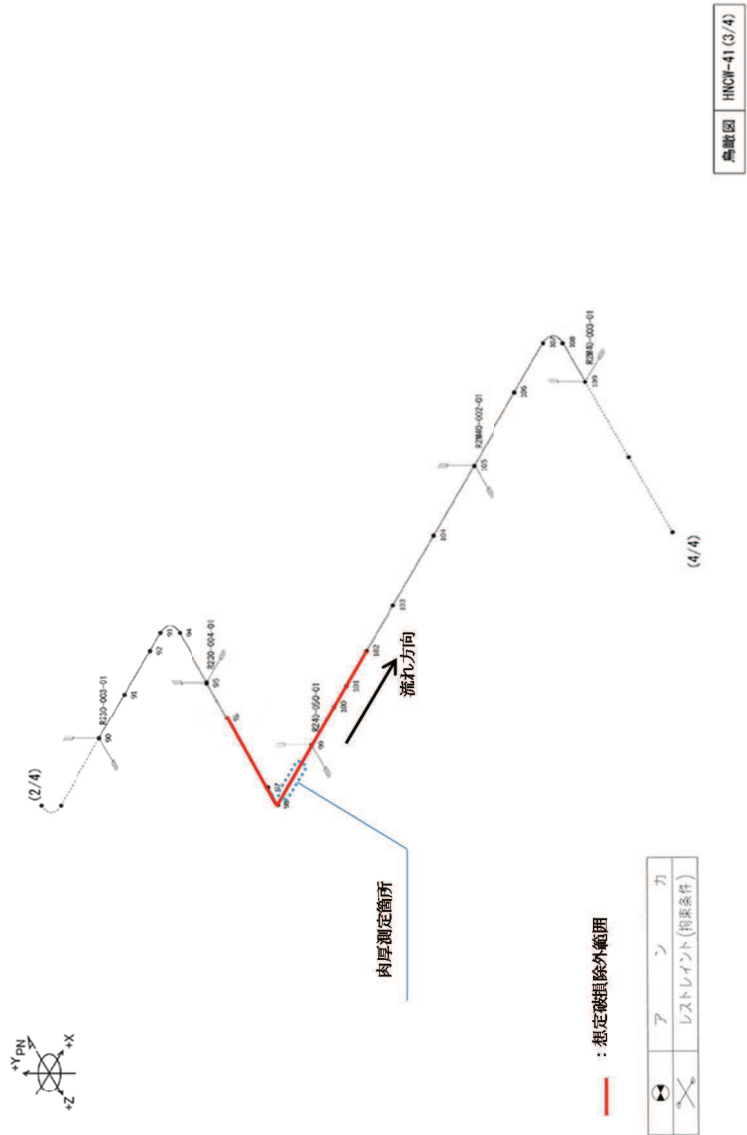


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (1/6)

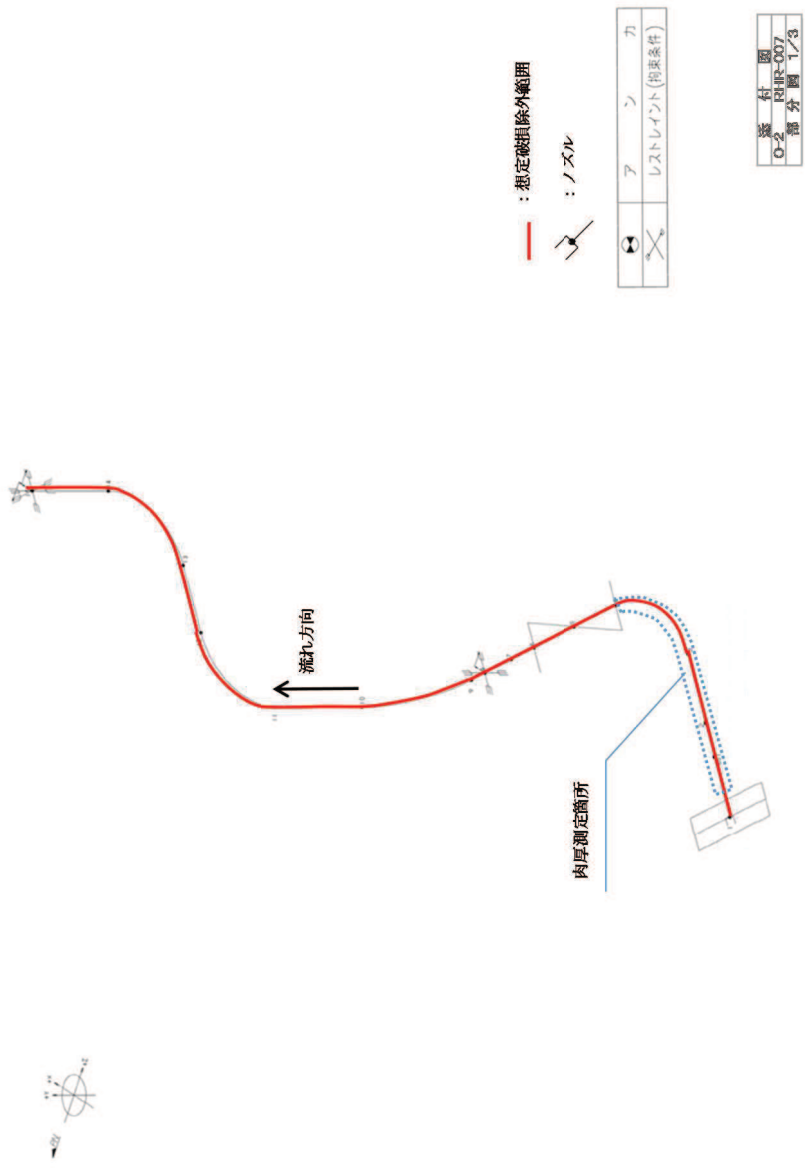


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (2/6)

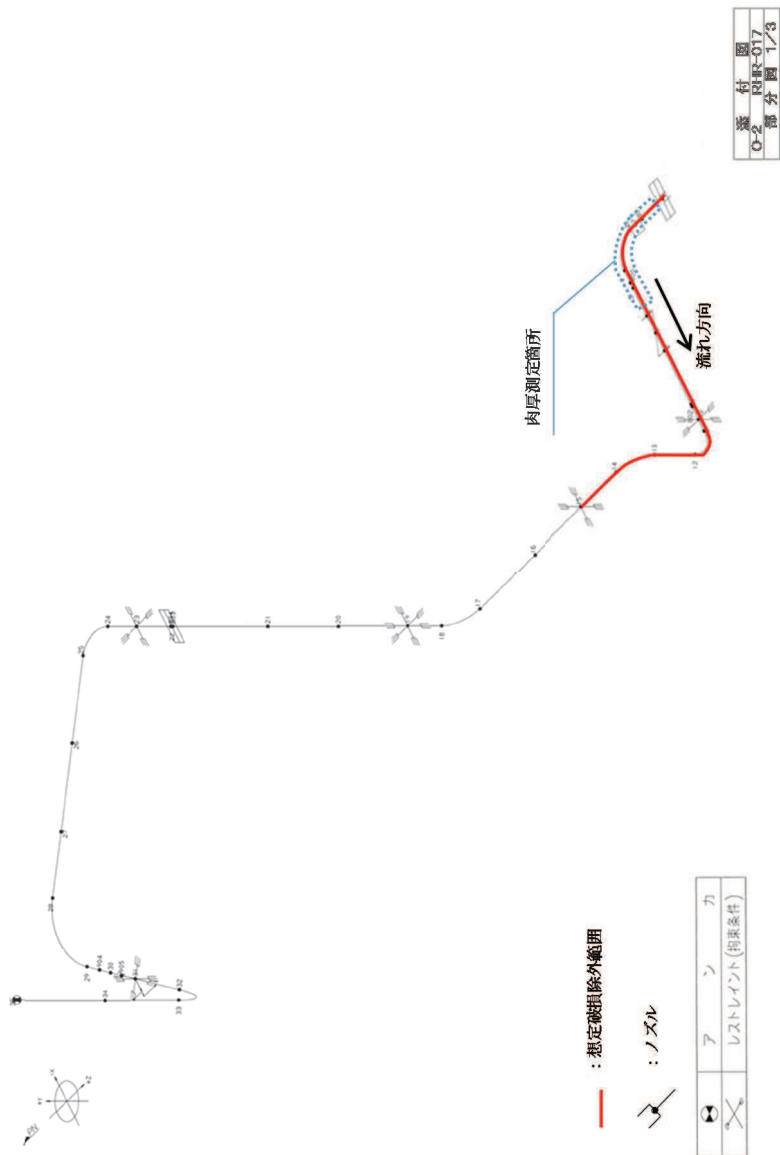


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (3/6)

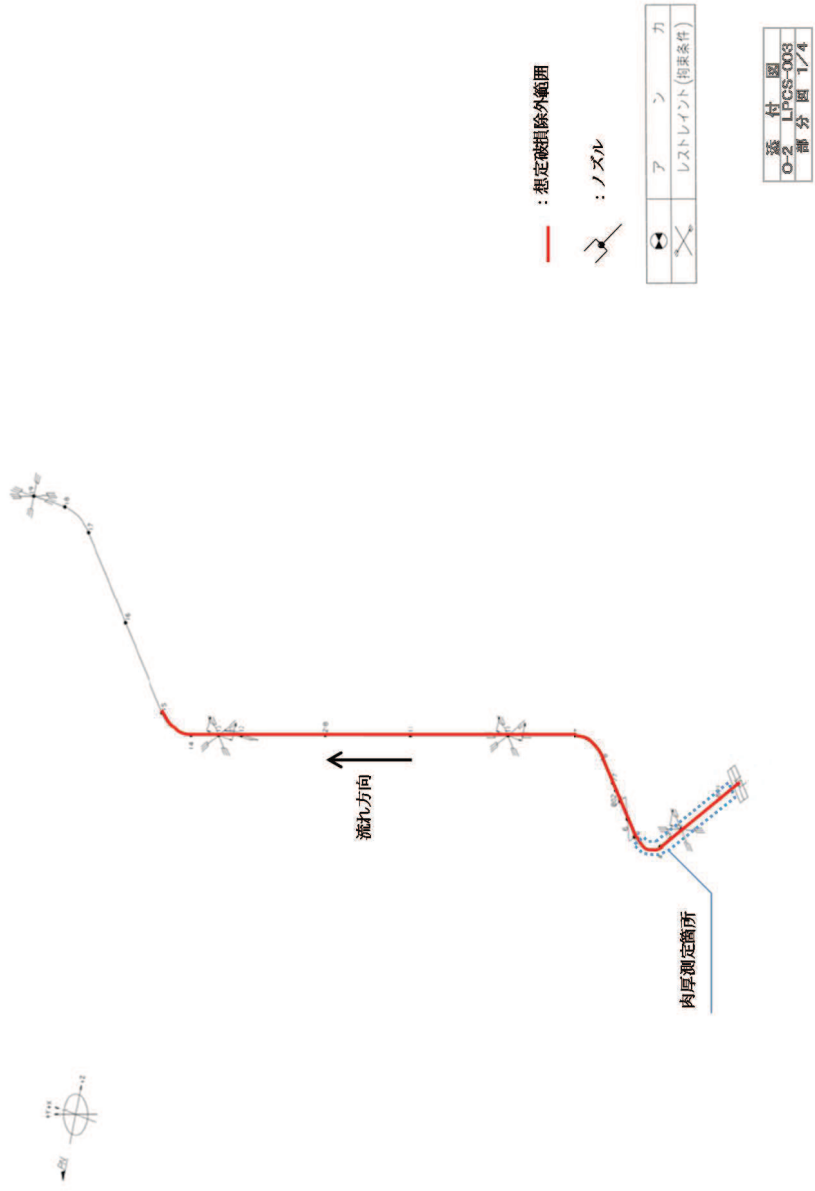


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (4/6)

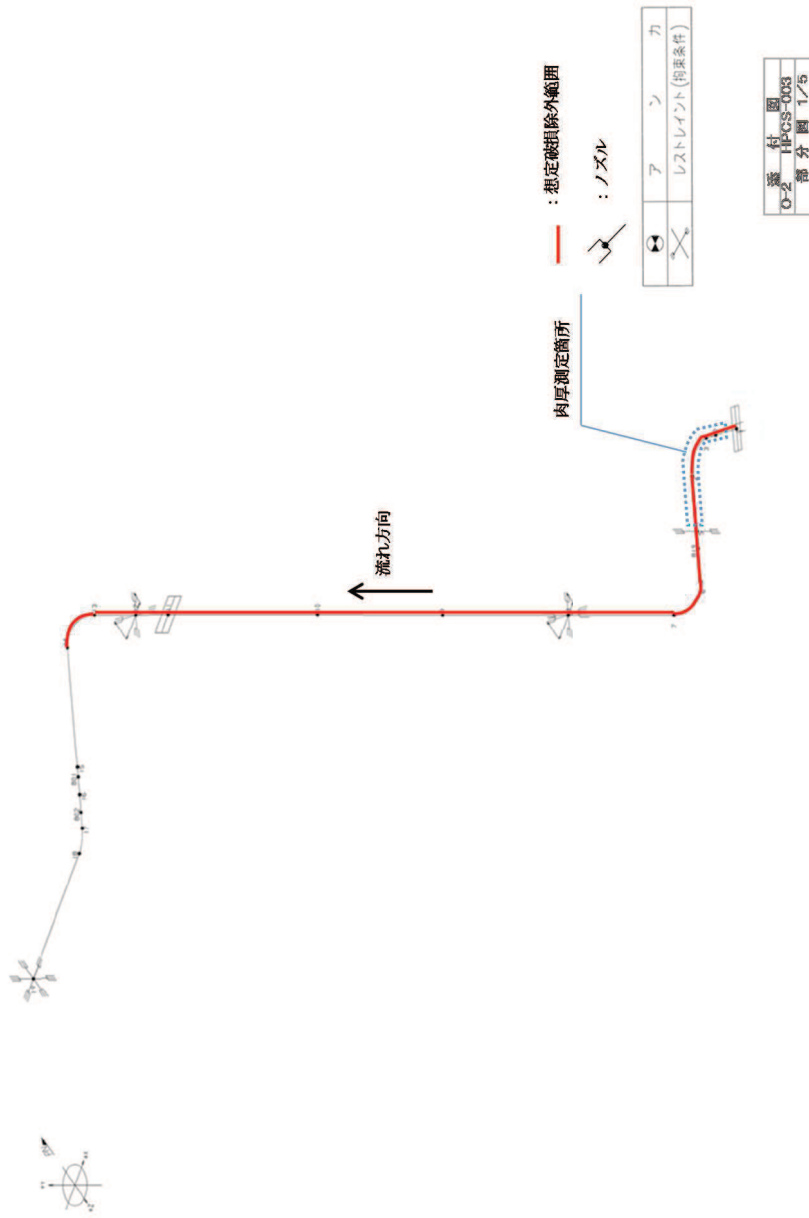


図 5. 4-1 肉厚測定箇所 (5/6)

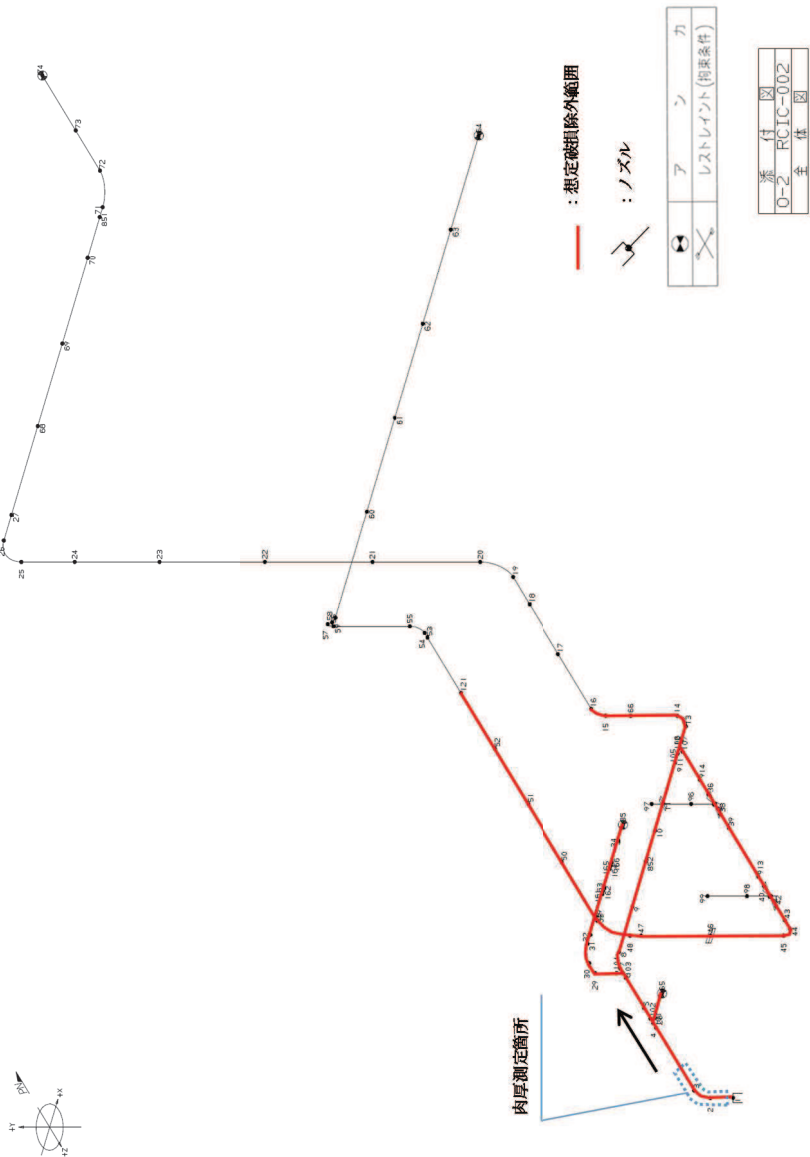


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (6/6)

### 3. 測定結果

想定破損除外する箇所の肉厚測定結果を表 5.4-2 に示す。

表 5.4-2 肉厚測定結果

管理番号 (ライン番号)	公称 肉厚 (mm)	製造上の 最小肉厚 (mm)	必要 最低 肉厚 (mm)	測定 最小 肉厚 (mm)	減肉率		余寿命 (年)	結果*3
					減肉率 (mm/h)	算出 方法		
HNCW-P41-1	5.5	4.81	2.4	5.2	$1.77 \times 10^{-6}$	*1	*2	良
RHR-2-1	11.1	9.71	6.34	11.0	$5.90 \times 10^{-7}$	*1	*2	良
RHR-6-1	11.1	9.71	6.34	10.9	$1.18 \times 10^{-6}$	*1	*2	良
	10.3	9.01	5.68	11.3	-	-	-	良
RHR-6-2	10.3	9.01	5.68	9.9	$2.36 \times 10^{-6}$	*1	*2	良
LPCS-2-1	17.4	15.22	6.71	15.5	$1.12 \times 10^{-5}$	*1	89.5	良
HPCS-2-1	25.4	22.22	16.01	22.2	$1.89 \times 10^{-5}$	*1	37.4	良
RCIC-2-1	13.5	11.81	6.25	12.2	$7.67 \times 10^{-6}$	*1	88.6	良

注記\*1：公称肉厚データと今回測定データにより算出する方法。

\*2：残時間 100 万時間以上

\*3：判定基準：配管の測定最小肉厚が必要以上確保されていること及び余寿命が1サイクル（1.2年）以上であること。（出典：「発電用原子力設備規格沸騰水型原子力発電所配管減肉管理に関する技術規格（2006年版）JSME S NH1-2006（以下JSME規格）」の「CA-5000評価」による）

## 6.1 消火水の放水による溢水に対する評価の概要について

### 1. 概要

評価ガイドを踏まえ、発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水については、発電用原子炉施設内に設置される消火設備等からの放水を溢水源として設定する。消火栓以外の設備としては、スプリンクラや格納容器スプレイ冷却系があるが、防護すべき設備が設置されている建屋には、スプリンクラは設置しない設計とする。格納容器スプレイ冷却系は、単一故障による誤作動が発生しないように設計されていることから、誤作動による溢水は想定しない。以上のことから、消火水の放水による溢水として、消火栓からの溢水を想定する。発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水（以下「消火水の放水による溢水」という。）を想定し、防護すべき設備に対する影響を評価した。

### 2. 溢水量の設定

#### (1) 溢水量の設定

消火水の放水による溢水については、消火栓からの単位時間当たりの放水量と放水時間から溢水量を設定する。

消火活動による放水時間は、火災荷重より求められる等価火災時間によらず一律3時間として設定している。この放水時間の3時間は、「実用発電用原子炉及びその附属施設の火災防護に係る審査基準」で規定される「3時間以上の耐火能力を有する耐火壁」からなる時間であり、消火時間に対して十分保守性を持たせている。

消火活動における消火栓からの放水量は、消防法施行令により消火栓に要求される放水量（屋内消火栓：1300/分以上、屋外消火栓：3500/分以上）であることを考慮し、保守的に以下のとおり設定した。

- ・屋内消火栓からの溢水量

$$1500/\text{分} \times 2 \text{ 箇所} \times 3 \text{ 時間} = 54\text{m}^3$$

- ・屋外消火栓からの溢水量

$$3900/\text{分} \times 2 \text{ 箇所} \times 3 \text{ 時間} \approx 141\text{m}^3$$

#### (2) 実放水量について

消火水の放水による溢水源の想定に当たっては、単一箇所での異常状態（火災）の発生を想定していることから、管理区域内の屋内消火栓1箇所からの放水量の確認を行った。確認結果を表6.1-1に示す。



表 6.1-1 放水量確認結果

	放水量
測定結果 1 (O.P. +11.0m)	246.4ℓ/分
測定結果 2 (O.P. - 8.1m)	264.9ℓ/分

確認結果を踏まえ、保守的に 300ℓ/分として 3 時間放水量を算出すると、(1)と同様に 54m<sup>3</sup> になることから、(1)によって算出した評価放水量は妥当であると判断できる。

### 3. 溢水伝播の考え方

溢水伝播の考え方については、基本的に添付資料「VI-1-1-8-3 溢水評価条件の設定」に記載する考えに基づき評価する。

#### (1) 伝播経路の設定

消火水の放水による溢水評価では、溢水発生区画から他区画への伝播経路に止水処置が存在する場合は、火災の影響によりその止水機能が喪失するものと想定する。ただし、防火対策等により止水機能が喪失しないと確認したものに関しては、その止水機能に期待できることとして評価する。

#### (2) 溢水防護区画内での放水

##### a. 溢水防護区画内に消火栓がある場合

溢水防護区画内の溢水高さが高くなるように、区画境界に扉や堰がある場合は、溢水を区画外に流出させないように評価を行う。

##### b. 溢水防護区画外に消火栓がある場合

溢水防護区画外の消火栓を用いて消火活動を行う場合は、区画境界の扉を開放して消火活動を行うことから、開放する扉からの伝播を考慮する。

#### (3) 溢水防護区画外での放水

溢水防護区画外での放水については、堰や扉を考慮せず、溢水を溢水防護区画内に流入させるように伝播経路を設定して評価を行う。ただし、水压に対する強度、水密性を有していることが確認されている扉や堰については、その効果を考慮して評価する。

### 4. 消火活動おける消火水の放水時の溢水影響評価について

#### (1) 火災による防護すべき設備への影響

火災が発生した区画に存在する防護すべき設備は、保守的に火災に伴う放水の影響により機能喪失していると想定する。ただし、火災発生個所からの離隔距離が十分大きい場合や、放水により同時に影響を受けないような対策がとられている場合は当該設備の機能に期待する。

消火水の放水による溢水影響評価対象区画を表 6.1-2 に示す。

#### (2) 消火水の放水による被水影響評価

消火水の放水に伴う被水影響は事象として想定し得るが、消火水の放水による溢水の伝播経路は、想定破損による溢水の伝播経路に包含されており、想定破損による被水影響評価に包含される。なお、緊急時対策建屋及び緊急用電気品建屋は、消火水を使用しないエリアであるため評価上溢水影響はない。

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(1/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m <sup>3</sup> )
R-3F-1	有	屋内消火栓	54
R-3F-3-1	有	屋内消火栓	54
R-3F-3-2	有	屋内消火栓	54
R-3F-7	有	屋内消火栓	54
R-2F-1-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-1-2	無 (消火器)	-	-
R-2F-1-3	無 (消火器)	-	-
R-2F-2	有	屋内消火栓	54
R-2F-2-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-2-2	有	屋内消火栓	54
R-2F-2-3	有	屋内消火栓	54
R-2F-2-4	無 (消火器)	-	-
R-2F-2-5	無 (消火器)	-	-
R-2F-2-6	無 (消火器)	-	-
R-2F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-3-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-M2F-1	有	屋内消火栓	54
R-M2F-2	無 (消火器)	-	-
R-M2F-3	有	屋内消火栓	54
R-M2F-5	無 (消火器)	-	-
R-M2F-6	無 (消火器)	-	-
R-1F-1	無 (消火器)	-	-
R-1F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-4	有	屋内消火栓	54
R-1F-5	有	屋内消火栓	54
R-1F-6	無 (消火器)	-	-
R-1F-7	有	屋内消火栓	54
R-1F-7-1	無 (消火器)	-	-
R-1F-8	無 (消火器)	-	-

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(2/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m <sup>3</sup> )
R-1F-9	無 (消火器)	-	-
R-1F-10	有	屋内消火栓	54
R-1F-11	無 (消火器)	-	-
R-1F-12	有	屋内消火栓	54
R-MB1F-1	無 (消火器)	-	-
R-MB1F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-MB1F-3	無 (消火器)	-	-
R-MB1F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-1	有	屋内消火栓	54
R-B1F-2	有	屋内消火栓	54
R-B1F-3	有	屋内消火栓	54
R-B1F-3-1	無 (消火器)	-	-
R-B1F-3-2	有	屋内消火栓	54
R-B1F-3-3	無 (消火器)	-	-
R-B1F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-5	有	屋内消火栓	54
R-B1F-13	無 (消火器)	-	-
R-B1F-14	無 (消火器)	-	-
R-B2F-1	有	屋内消火栓	54
R-B2F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-4	有	屋内消火栓	54
R-B2F-5	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-6	無 (消火器)	-	-
R-B2F-6-1	有	屋内消火栓	54
R-B2F-6-2	有	屋内消火栓	54
R-B2F-7	有	屋内消火栓	54
R-B3F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-4	有	屋内消火栓	54
R-B3F-5	有	屋内消火栓	54

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(3/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m <sup>3</sup> )
R-B3F-6	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-7	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-8	有	屋内消火栓	54
R-B3F-9	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-10	有	屋内消火栓	54
R-B3F-15	有	屋内消火栓	54
R-3F-2	無 (消火器)	-	-
R-3F-4	無 (消火器)	-	-
R-3F-5	無 (消火器)	-	-
R-M3F-3-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-5	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-6	無 (消火器)	-	-
R-2F-6-1	有	屋内消火栓	54
R-2F-6-2	有	屋内消火栓	54
R-2F-7	無 (消火器)	-	-
R-2F-7-1	有	屋内消火栓	54
R-2F-8	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-8-1	有	屋内消火栓	54
R-2F-8-2	有	屋内消火栓	54
R-2F-9	有	屋内消火栓	54
R-2F-11	有	屋内消火栓	54
R-2F-12-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-13-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-14-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-15-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-16-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-17	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-18	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-19	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-M2F-7	無 (消火器)	-	-
R-M2F-8	無 (固定式消火設備等)	-	-

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(4/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m <sup>3</sup> )
R-M2F-9	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-13	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-13-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-14	無 (消火器)	-	-
R-1F-15	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-15-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-16	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-16-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-17	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-6	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-7	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-8	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-9	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-10	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-11	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-12	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-8	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-9	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-10	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-11	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-12	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-13	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-14	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-3F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-3F-2	有	屋内消火栓	54
C-3F-3	有	屋内消火栓	54
C-3F-4	有	屋内消火栓	54
C-2F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-2F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-2F-3	有	屋内消火栓	54
C-2F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-2F-5	有	屋内消火栓	54

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(5/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m <sup>3</sup> )
C-2F-6	無 (固定式消火設備等)	-	
C-2F-7	無 (固定式消火設備等)	-	
C-2F-8	有	屋内消火栓	54
C-1F-1	有	屋内消火栓	54
C-1F-2	有	屋内消火栓	54
C-1F-3	有	屋内消火栓	54
C-1F-4	有	屋内消火栓	54
C-MB1F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-5	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-6-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-7	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-8	無 (消火器)	-	-
C-B1F-9	有	屋内消火栓	54
C-MB2F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-3	有	屋内消火栓	54
C-B2F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-5	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-6	有	屋内消火栓	54
SW-1F-1	有	屋外消火栓	141
SW-1F-2	有	屋外消火栓	141
SW-1F-3	有	屋外消火栓	141
SW-1F-4	有	屋外消火栓	141
SW-1F-5	有	屋外消火栓	141
CST-1	無 (消火器)	-	-
CST-2	無 (消火器)	-	-
CST-3	無 (消火器)	-	-

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(6/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m <sup>3</sup> )
CST-4	無 (消火器)	-	-
CST-5	無 (消火器)	-	-
LOT-1	無 (消火器)	-	-
LOT-2	無 (消火器)	-	-
LOT-3	無 (消火器)	-	-
RW-1F-2-1	無 (消火器)	-	-
RW-1F-2-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
RW-1F-2-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
RW-1F-2-4	有	屋内消火栓	54
RW-M3F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
RW-M3F-2	有	屋内消火栓	54
RW-M3F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
RW-2F-1	有	屋内消火栓	54
RW-M2F-1	有	屋内消火栓	54
RW-1F-1	有	屋内消火栓	54
RW-MB1F-1	有	屋内消火栓	54
RW-B1F-1	有	屋内消火栓	54
RW-MB2F-1	有	屋内消火栓	54
RW-B2F-1	有	屋内消火栓	54
RW-MB3F-1	有	屋内消火栓	54
RW-B3F-1	有	屋内消火栓	54
T-2F-1	有	屋内消火栓	54
T-1F-1	有	屋内消火栓	54
T-1F-2	有	屋内消火栓	54
T-1F-3	有	屋内消火栓	54
T-B1F-1	有	屋内消火栓	54
T-B1F-2	有	屋内消火栓	54
T-B1F-3	有	屋内消火栓	54
T-B2F-1	有	屋内消火栓	54
T-B2F-2	有	屋内消火栓	54



## 6.2 消火水の放水による溢水に対する評価例

### 1. 概要

女川原子力発電所第2号機における消火活動に伴い発生する消火水の放水による溢水評価の評価例を示す。

### 2. 消火水の放水による没水影響評価

消火活動における消火水の放水時の代表的な評価例を以下に示す。

#### 【評価例①】

○消火活動を行う区画（評価エリアの隣接区画）

区画	消火時間[h]	溢水量[m <sup>3</sup> ]	滞留面積[m <sup>2</sup> ]
R-M2F-3	3	54	41.6

○消火活動を行う区画内に設置される防護すべき設備

区画	防護対象設備	区分
R-M2F-3	FPCろ過脱塩装置バイパス弁(A) FPCろ過脱塩装置バイパス弁(B) FPCろ過脱塩装置入口第一弁 FPMUW燃料プール注入弁	I, II

消火活動を行う区画内に設置される機器については、消火活動による被水により、機能喪失するものとする。

上記区画にて消火活動を行った場合の伝播評価を表 6.2-1 に、消火水の放水による溢水影響評価結果を表 6.2-2 に、伝播を想定するイメージを図 6.2-1 に示す。

表 6.2-1 消火水の放水による溢水影響評価

溢水防護区 画に伝播す る区画	溢水水位 (m)	異区分に関連する 設備の有無	評価 結果	備考
R-1F-1	0.1	無	○	
R-1F-2	0.1	無		
R-1F-5	0.1	無		
R-1F-7-1	0.1	無		
R-1F-11	0.1	無		
R-B1F-1	0.1	無		
R-B2F-1	0.3	無		

表 6.2-2 消火水の放水による溢水影響評価結果

評価種別	消火水の放水
溢水発生区画	R-M2F-3
溢水源	屋内消火栓
溢水量 (m <sup>3</sup> )	54

総合判定	○
------	---

備考:	
-----	--

原子炉施設																				
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能						原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能						
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ			区分Ⅱ			区分Ⅲ									
自動減圧系	残留熱除去系				低圧炉心スプレイス系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイス系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイス系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイス系	逃がし安全弁	原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能			
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○				
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイス系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイス系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイス系	原子炉隔離時冷却系	高圧炉心スプレイス系	逃がし安全弁	原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	低温停止機能		
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	H系	-	H系	-	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設													使用済燃料プール			中央制御室			
安全機能機能判定	閉じ込め機能				監視機能				冷却機能				給水機能						
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	残留熱除去系	燃料プール補給水系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	中央制御室換気空調系	
区分	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	B系	A系	A系	B系	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

- 【凡例】
- : 消火水の放水実施区域
  - : 溢水経路の構成要素
  - : 溢水の流れ
  - : 区画番号

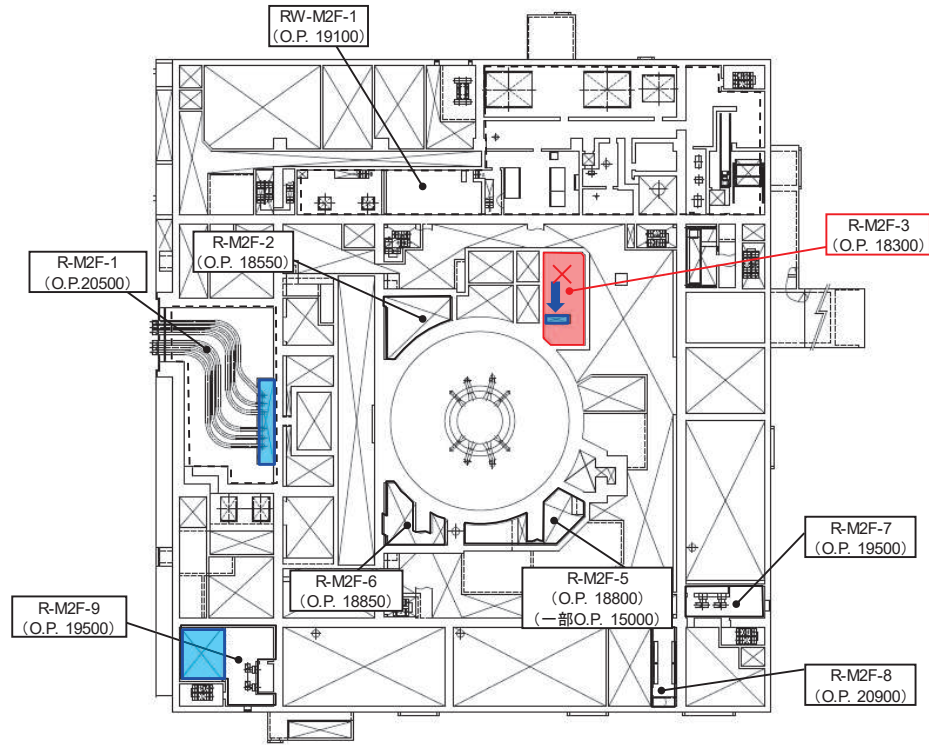


図 6. 2-1 消火水の放水による伝播イメージ (原子炉建屋 M2F)

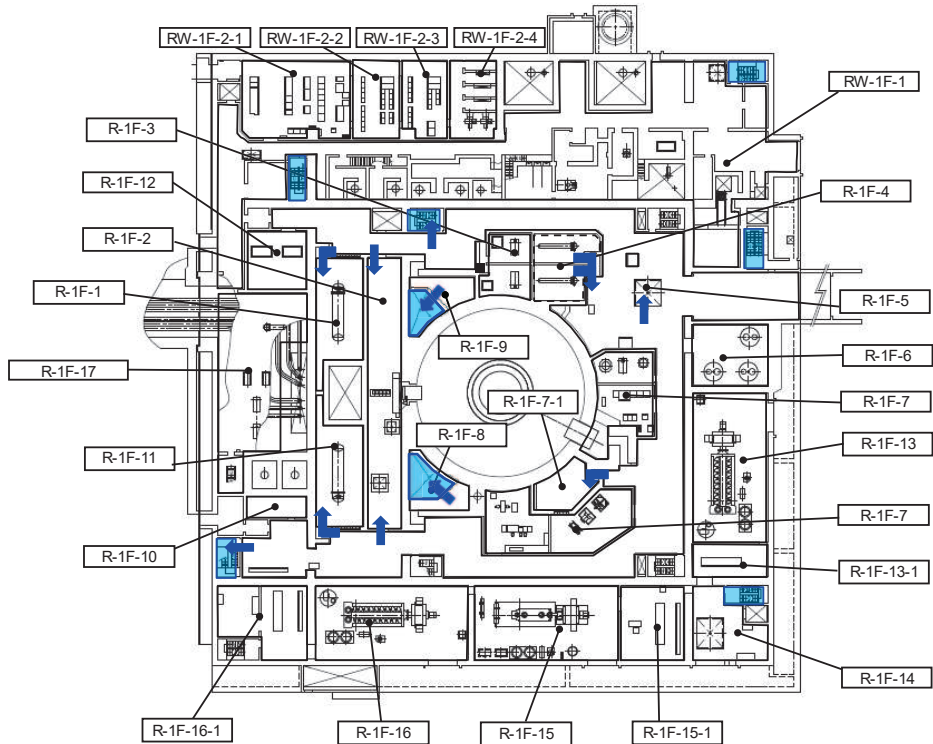


図 6. 2-1 消火水の放水による伝播イメージ (原子炉建屋 1F O.P. 15000)

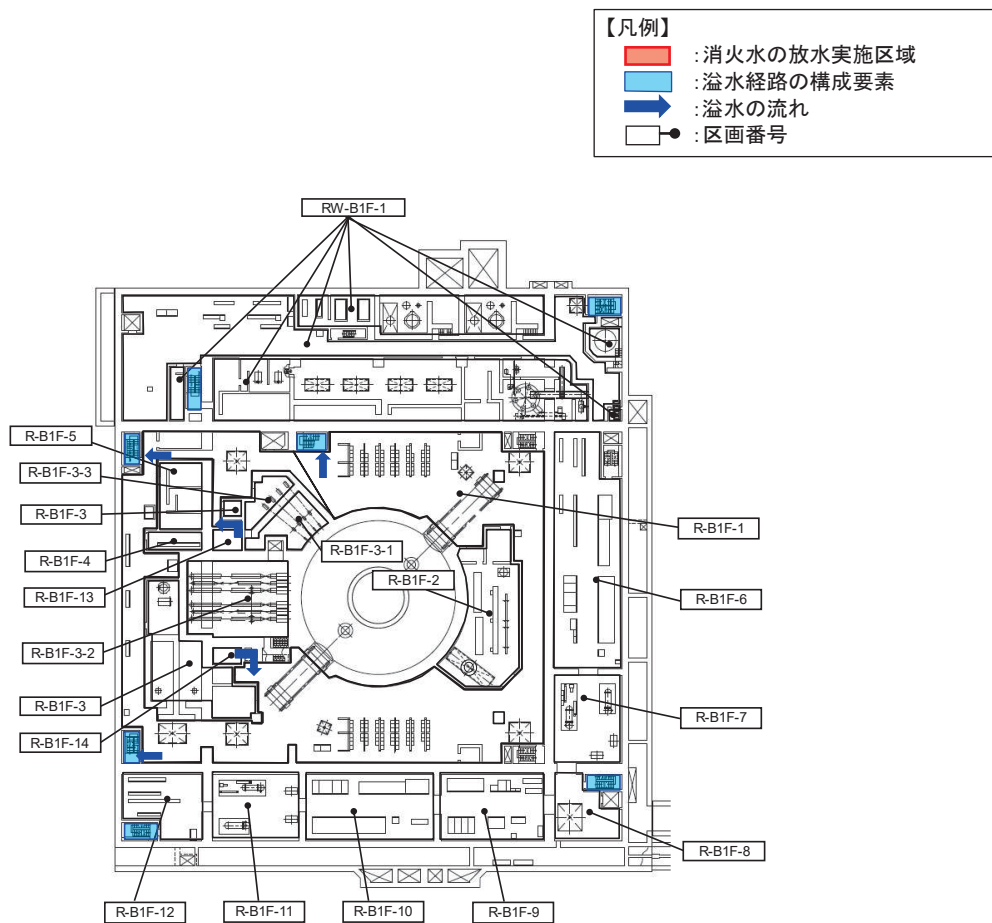


図 6.2-1 消火水の放水による伝播イメージ (原子炉建屋 B1F 0.P. 6000)

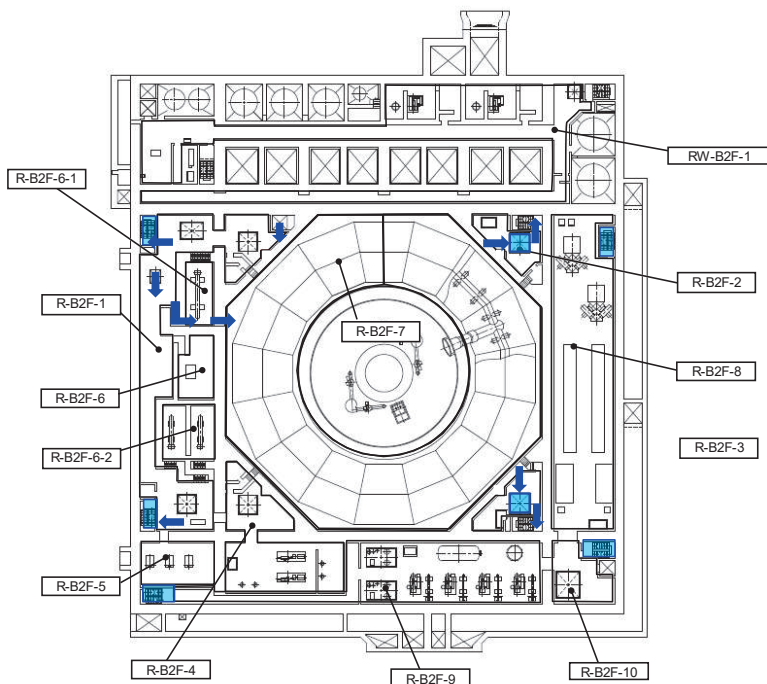


図 6.2-1 消火水の放水による伝播イメージ (原子炉建屋 B2F 0.P. -800)

## 7.1 地震に起因する溢水源について

地震起因による溢水については、溢水源となり得る機器（流体を内包する機器）のうち、基準地震動 $S_s$ による地震力に対して耐震性を確認していない機器及び使用済燃料プール等のスロッシングによる漏えい水を溢水源として設定する。

耐震Sクラス機器については、基準地震動 $S_s$ による地震力によって破損は生じないことから溢水源として想定しない。また、耐震B, Cクラス機器のうち耐震対策工事の実施あるいは設計上の裕度の考慮により、基準地震動 $S_s$ による地震力に対して耐震性が確保されているものについては溢水源として想定しない。

なお、放射性物質を含む液体の管理区域外漏えいに関する評価を行う場合については、溢水源となり得る機器（流体を内包する機器）のうち、要求される地震力により破損が生じる機器による漏水を溢水源として設定する。

地震に起因する溢水時の溢水源を表 7.1-1 に示す。

【凡例】  
 “○”：系統全体として耐震裕度が確保されていることから溢水を想定せず  
 “□”：系統の一部範囲について耐震裕度を確保及び運用により溢水を想定せず  
 “△”：耐震裕度が確保されていない一部の範囲における溢水を想定  
 “×”：溢水を想定  
 “—”：Sクラスのため溢水を想定せず

表 7.1-1 地震時に溢水源とする系統としない系統 (1/5)

系統	耐震クラス (代表) <sup>*1</sup>	建屋/エリア														
		原子炉建屋				制御 建屋	タービン建屋		補助ボイ ラー建屋	海水 ポンプ室	復水貯蔵 タンク エリア	軽油 タンク エリア				
		原子炉棟	付属棟	付属棟 エリア)	管理		非管理	管理					非管理			
原子炉再循環系	S	-														
制御棒駆動水圧系	S, B	○												○		
ほう酸水注入系	S	-														
残留熱除去系	S	-														
低圧炉心スプレイ系	S	-														
高圧炉心スプレイ系	S	-														
原子炉隔離時冷却系	S	-														
原子炉冷却材浄化系	B	○														
燃料プール冷却浄化系	S, B	○														
放射性ドレン移送系	B, C	○		×												
機器ドレン系	B	○		×												
床ドレン・化学廃液系	B	○		×												
ストームドレン系	C			×												
廃スラッジ系	B			×												

注記\*1：溢水源として想定する系統主配管部の耐震クラス

【凡例】  
 “○”：系統全体として耐震裕度が確保されていることから溢水を想定せず  
 “□”：系統の一部範囲について耐震裕度を確保及び運用により溢水を想定せず  
 “△”：耐震裕度が確保されていない一部の範囲における溢水を想定  
 “×”：溢水を想定  
 “-”：Sクラスの耐震性を想定せず

表 7.1-1 地震時に溢水源とする系統としない系統 (2/5)

系統	耐震クラス (代表) <sup>*1</sup>	建屋/エリア																				
		原子炉建屋			制御 建屋	タービン建屋		補助ボイ ラー建屋	海水 ポンプ室	復水貯蔵 タンク エリア	軽油 タンク エリア											
		原子炉棟	付属棟 (廃棄物処理 エリア)			管理	非管理															
			付属棟	管理	非管理																	
濃縮廃液系	B			×																		
固化系	B, C			○ <sup>*2</sup>																		
主蒸気系	S, B	△ <sup>*3</sup>																				
復水系	B																					
給水系	S, B	○																				
復水器空気抽出系	B																					
給水加熱器ドレン系	B																					
給水加熱器ベント系	B																					
復水ろ過装置	B																					
復水脱塩装置	B																					
高圧油圧系	C																					
タービンドラフト蒸気系	B																					
タービン潤滑油系	C																					
抽気系	B																					

注記\*1：溢水源として想定する系統主配管部の耐震クラス

\*2：休止設備であり保有水なし

\*3：耐震クラスがS以外の箇所について溢水を想定



【凡例】  
 “○”：系統全体として耐震裕度が確保されていることから溢水を想定せず  
 “□”：系統の一部範囲について耐震裕度を確保及び運用により溢水を想定せず  
 “△”：耐震裕度が確保されていない一部の範囲における溢水を想定  
 “×”：溢水を想定  
 “-”：Sクラスのたまり溢水を想定せず

表 7.1-1 地震時に溢水源とする系統としない系統 (3/5)

系統	耐震クラス (代表) <sup>*1</sup>	原子炉建屋						制御 建屋		タービン建屋		補助ボイ ラー建屋	海水 ポンプ室	復水貯蔵 タンク エリア	軽油 タンク エリア
		原子炉棟		付属棟 エリア)		管理	非管理	管理	非管理	管理	非管理				
		原子炉棟	付属棟	管理	非管理										
タービン補助蒸気系	B														
タービン発電機密封油系	C														
固定子巻線冷却水系	C														
循環水系	C														
純水補給水系	C	○													
復水補給水系	B	○													
ろ過水系	C	○	○												
燃料プール補給水系	B	○													
消火用水系	C	○	○												
換気空調補機常用冷却水系	C	□ <sup>*2</sup>	○												

注記\*1：溢水源として想定する系統主配管部の耐震クラス

\*2：CRD自動交換機制御室ファンコンユニット及びISI及びPCV L/T室ファンコンユニットは、系統運用を停止し、隔離（水抜き）すること溢水を想定せず。また、隔離（水抜き）以外の範囲は、耐震裕度を確保することから溢水を想定せず。

\*3：脱衣エリアファンコンユニット、下足エリアファンコンユニット、女性用更衣室エリアファンコンユニット及び女性用脱衣手洗いエリアファンコンユニットは、系統運用を停止し、隔離（水抜き）すること溢水を想定せず。また、隔離（水抜き）以外の範囲は、耐震裕度を確保することから溢水を想定せず。

【凡例】  
 "○": 系統全体として耐震裕度が確保されていることから溢水を想定せず  
 "□": 系統の一部範囲について耐震裕度を確保及び運用により溢水を想定せず  
 "△": 耐震裕度が確保されていない一部の範囲における溢水を想定  
 "×": 溢水を想定  
 "ー": Sクラスのため溢水を想定せず

表 7.1-1 地震時に溢水源とする系統としない系統 (4/5)

系統	耐震クラス (代表) <sup>*1</sup>	建屋/エリア									
		原子炉建屋			制御 建屋	タービン建屋		補助ボイ ラー建屋	海水 ポンプ室	復水貯蔵 タンク エリア	軽油 タンク エリア
		原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理 エリア)		管理	非管理				
換気空調補機非常用冷却水系	S	ー	ー	ー	ー	ー	ー	ー	ー	ー	ー
原子炉補機冷却水系	S, C	○	△ <sup>*2</sup>	×	ー	×	×	ー	ー	ー	ー
タービン補機冷却水系	C	△	△	×	ー	×	×	○	ー	ー	ー
原子炉補機冷却海水系	S	△	△	×	ー	×	×	ー	ー	ー	ー
タービン補機冷却海水系	C	△	△	×	ー	×	×	○	ー	ー	ー
高圧炉心スプレィ補機冷却水系	S, C	ー	△ <sup>*3</sup>	×	ー	×	×	ー	ー	ー	ー
高圧炉心スプレィ補機冷却 海水系	S	△	△	×	ー	×	×	ー	ー	ー	ー
補助ボイラー給水系統	C	△	△	×	ー	×	×	×	ー	ー	ー
補助ボイラー循環系統	C	△	△	×	ー	×	×	×	ー	ー	ー
補助ボイラー冷却系統	C	△	△	×	ー	×	×	×	ー	ー	ー
加熱蒸気及び復水戻り系	C	○	○	×	○	○	○	×	ー	ー	ー
所内温水系	C	○	△ <sup>*4</sup>	×	○	○	○	×	ー	ー	ー
非常用ディーゼル発電設備 冷却水系	S	△	△	×	ー	×	×	×	ー	ー	ー

注記 \*1: 溢水源として想定する系統主配管部の耐震クラス

\*2: 原子炉補機冷却水系防食剤添加タンク (A) 及び原子炉補機冷却水系防食剤添加タンク (B) の溢水を想定

\*3: 高圧炉心スプレィ補機冷却水系防食剤添加タンクの溢水を想定

\*4: 所内温水系防食剤添加タンクの溢水を想定

【凡例】  
 "○"：系統全体として耐震裕度が確保されていることから溢水を想定せず  
 "□"：系統の一部範囲について耐震裕度を確保及び運用により溢水を想定せず  
 "△"：耐震裕度が確保されていない一部の範囲における溢水を想定  
 "×"：溢水を想定  
 "—"：Sクラスの溢水を想定せず

表 7.1-1 地震時に溢水源とする系統としない系統 (5/5)

系統	耐震クラス (代表) *1	建屋/エリア																				
		原子炉建屋			制御 建屋	タービン建屋		補助ボイ ラー建屋	海水 ポンプ室	復水貯蔵 タンク エリア	軽油 タンク エリア											
		原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理 エリア)		管理	非管理															
		管理	非管理	管理	非管理																	
水 ・ 蒸気 ・ 油系	高圧炉心スプレイス系ディー ゼル発電設備冷却水系	S	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	非常用ディーゼル発電設備 潤滑油系	S	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	高圧炉心スプレイス系ディー ゼル発電設備潤滑油系	S	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	非常用ディーゼル発電設備 燃料油系	S, C	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	高圧炉心スプレイス系ディー ゼル発電設備燃料油系	S, C	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	非常用ディーゼル発電設備 燃料移送系	S	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	高圧炉心スプレイス系ディー ゼル発電設備燃料移送系	S	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
	可燃性ガス濃度制御系	S	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
	非放射性ドレン移送系	C	○	○	—	—	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
	所内用水系	C	—	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—

注記\*1：溢水源として想定する系統主配管部の耐震クラス

## 7.2 耐震B，Cクラス機器の耐震工事の内容

### 1. 概要

「原子力発電所の内部溢水影響評価ガイド」では，耐震B，Cクラス機器であっても基準地震動 $S_s$ による地震力に対して耐震性が確保される機器については，漏水を考慮しないことができるとされている。

本資料では，地震時に溢水源となり得る耐震B，Cクラス機器について，実施する耐震工事の内容を示す。

機器の耐震評価においては，耐震工事後の状態では，基準地震動 $S_s$ に対する応力発生値と評価基準を比較することにより行い，評価基準値は，J E A G等の規格基準で規定されている値を用いる。

耐震工事を実施する機器を表7.2-1に示す。

表7.2-1 耐震B，Cクラス機器のうち耐震工事を実施する機器

No.	機器名称	工事概要
1	CUW 再生熱交換器	サポートの追加
2	HNCW サージタンク	支持脚への補強部材追加
3	R/A 給気冷却加熱コイル	ケーシング枠への補強部材追加
4	燃料交換床給気加熱コイル	ケーシング枠への補強部材追加
5	燃料交換機制御室空調機	ケーシングへの補強部材追加
6	原子炉補機（HPCS）室給気加熱コイル	ケーシング枠への補強部材追加
7	SLC テストタンク	支持脚への補強部材追加
8	タービン補機冷却海水ポンプ	基礎ボルト，ポンプ取付ボルト及び電動機台取付ボルトの取替
9	循環水ポンプ(A)	ポンプ取付ボルト及び吐出エルボ取付ボルトの取替
10	循環水ポンプ(B)	ポンプ取付ボルト，吐出エルボ取付ボルト，ベース架台取付ボルト及び吐出配管ボルトの取替
11	配管	配管へのサポート追加，サポートへの補強部材追加

## 2. 工事内容

### 2.1 CUW 再生熱交換器

CUW 再生熱交換器は、熱交換器室耐震壁から架台にサポートを追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-1 に示し、機器仕様を表 7.2-2 に、応力評価結果を表 7.2-3 に示す。なお、表 7.2-3 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

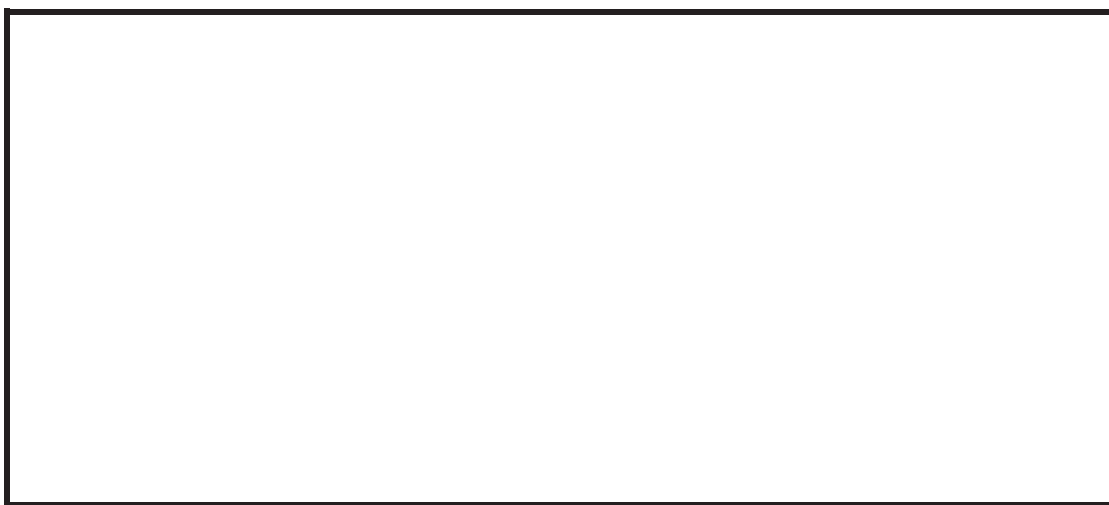


図 7.2-1 CUW 再生熱交換器の工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-2 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (℃)	評価部位	使用材料	温度条件 (℃)
CUW 再生 熱交換器	10.2	302	胴板	SGV480	302
			脚	SS400	302
			脚締付ボルト	SS400	50
			架台	STKR400	50
			基礎ボルト	SS400	50

表 7.2-3 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
CUW 再生熱交換器	胴板	一次+二次	252	396

## 2.2 HNCW サージタンク

HNCW サージタンクは、支持脚に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-2 に示し、機器仕様を表 7.2-4 に、応力評価結果を表 7.2-5 に示す。なお、表 7.2-5 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。



図 7.2-2 HNCW サージタンクの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-4 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
HNCW サージ タンク	静水頭	66	胴板	SS400	66
			脚	SS400	66
			基礎 ボルト	SS400	50

表 7.2-5 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
HNCW サージ タンク	基礎ボルト	引張	168	207



### 2.3 R/A 給気冷却加熱コイル

R/A 給気冷却加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-3 に示し、機器仕様を表 7.2-6 に、応力評価結果を表 7.2-7 に示す。なお、表 7.2-7 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。



図 7.2-3 R/A 給気冷却加熱コイルの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-6 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	使用材料
			取付ボルト
R/A 給気冷却 加熱コイル	1.27	85	SS400

表 7.2-7 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
R/A 給気冷却 加熱コイル	取付ボルト	引張	18	179

#### 2.4 燃料交換床給気加熱コイル

燃料交換床給気加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-4 に示し、機器仕様を表 7.2-8 に、応力評価結果を表 7.2-9 に示す。なお、表 7.2-9 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。



図 7.2-4 燃料交換床給気加熱コイルの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-8 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	使用材料
			取付ボルト
燃料交換床給気 加熱コイル	1.18	85	SS400

表 7.2-9 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
燃料交換床給気 加熱コイル	取付ボルト	せん断	7	138

## 2.5 燃料交換機制御室空調機

燃料交換機制御室空調機は、ケーシングに補強部材を追加することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-5 に示し、機器仕様を表 7.2-10 に、応力評価結果を表 7.2-11 に示す。なお、表 7.2-11 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

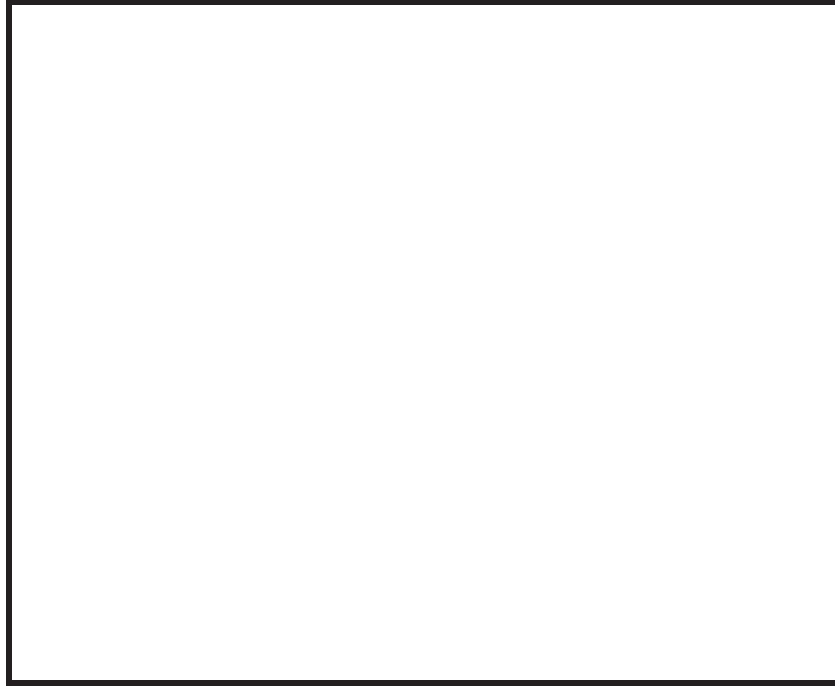


図 7.2-5 燃料交換機制御室空調機の工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-10 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度* (℃)	使用材料	温度条件(℃)
			基礎ボルト	
燃料交換機 制御室空調機	—	40	SS400	50

注記 \*：最高使用温度 40℃より，周囲環境温度 50℃の方が温度が高いことから，保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-11 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
燃料交換機 制御室空調機	基礎ボルト	引張	139	207

## 2.6 原子炉補機（HPCS）室給気加熱コイル

原子炉補機（HPCS）室給気加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-6 に示し、機器仕様を表 7.2-12 に、応力評価結果を表 7.2-13 に示す。なお、表 7.2-13 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

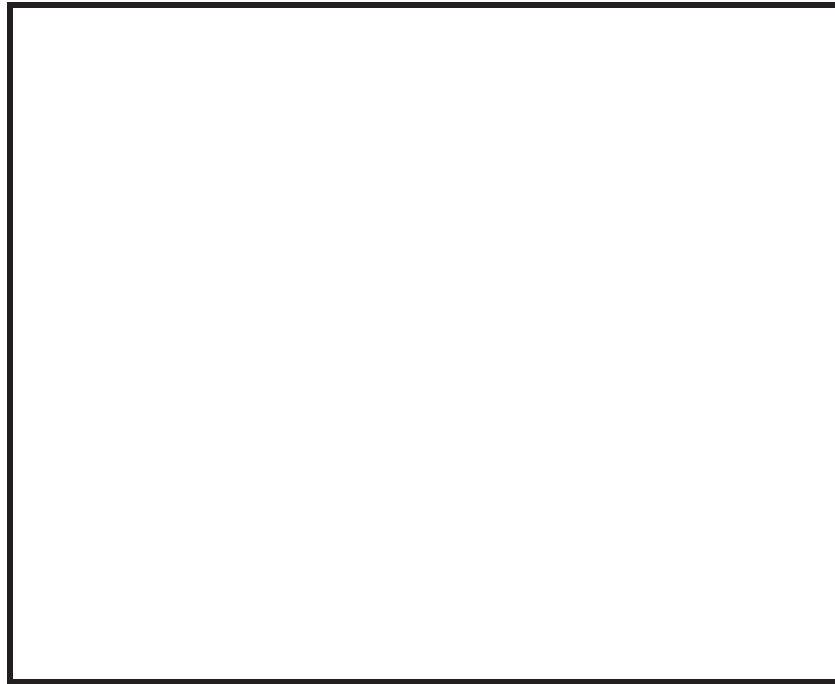


図 7.2-6 原子炉補機（HPCS）室給気加熱コイルの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-12 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	使用材料
			取付ボルト
原子炉補機 (HPCS) 室給気加熱コイル	1.18	85	SS400

表 7.2-13 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
原子炉補機 (HPCS) 室給気 加熱コイル	取付ボルト	引張	11	179



## 2.7 SLC テストタンク

SLC テストタンクは、支持脚へ補強部材を追加することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-7 に示し、機器仕様を表 7.2-14 に、応力評価結果を表 7.2-15 に示す。なお、表 7.2-15 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

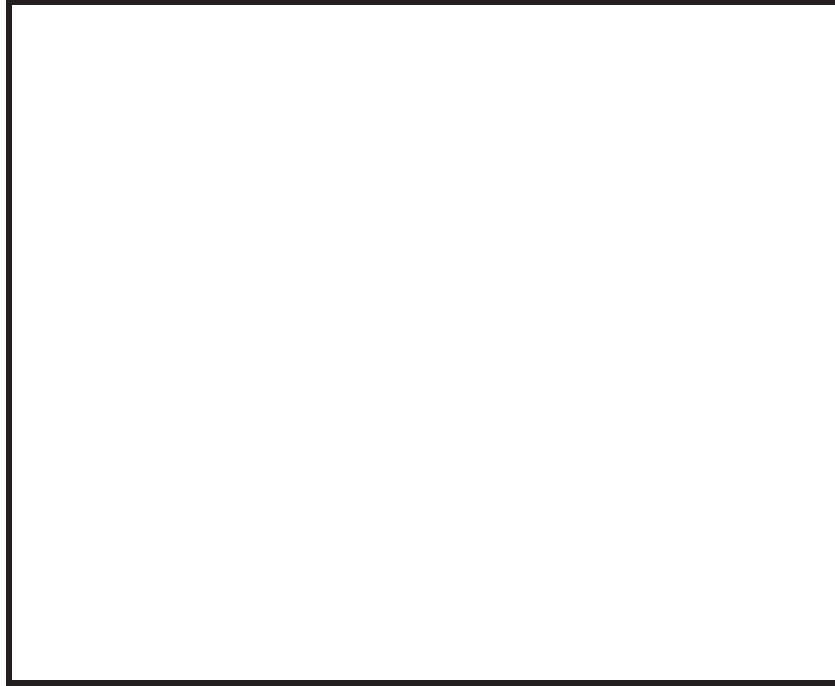


図 7.2-7 SLC テストタンクの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-14 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
SLC テスト タンク	静水頭	66	胴板	SUS304	66
			脚	SUS304	50
			基礎 ボルト	SS400	50

表 7.2-15 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
SLC テストタンク	脚	組合せ	90	205

## 2.8 タービン補機冷却海水ポンプ

タービン補機冷却海水ポンプは、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。なお、タービン補機冷却海水ポンプの構造及び耐震性に係る仕様は、A号機、B号機及びC号機で同じである。工事内容を図 7.2-8 に示し、機器仕様を表 7.2-16 に、応力評価結果を表 7.2-17 に示す。なお、表 7.2-17 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

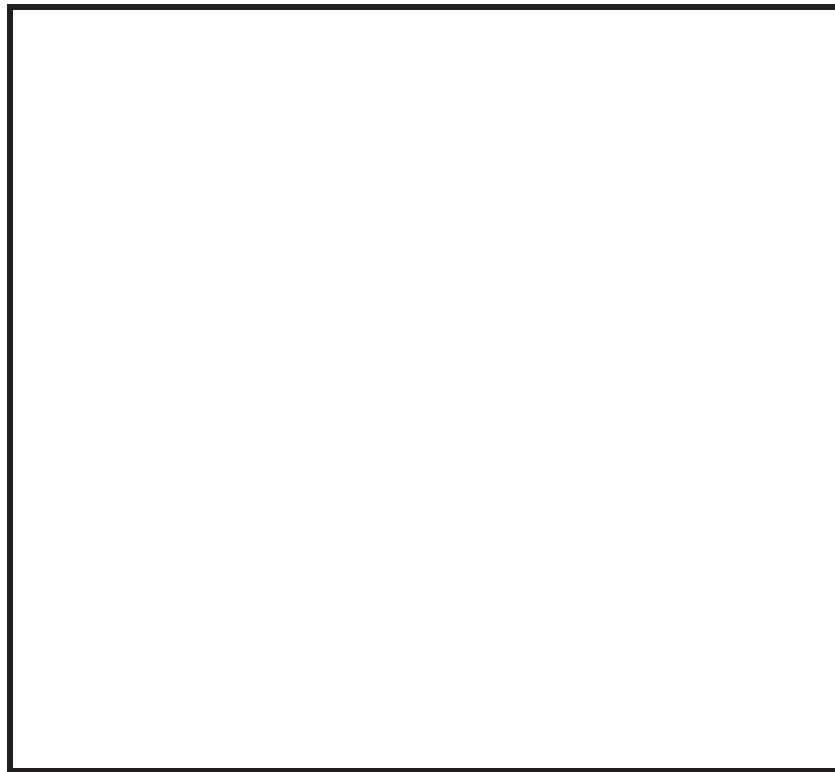


図 7.2-8 タービン補機冷却海水ポンプの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-16 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度* (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
タービン 補機 冷却海水 ポンプ	0.69	41	基礎ボルト	SCM435	50
			ポンプ取付 ボルト	SCM435	50
			原動機台取付 ボルト	SCM435	50
			原動機取付ボ ルト	SUS304	50

注記 \*：最高使用温度 41°Cより，周囲環境温度 50°Cの方が温度が高いことから，保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-17 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
タービン補機 冷却海水ポンプ	原動機取付 ボルト	引張	98	145

## 2.9 循環水ポンプ(A)

循環水ポンプ(A)は、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-9 に示し、機器仕様を表 7.2-18 に、応力評価結果を表 7.2-19 に示す。なお、表 7.2-19 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

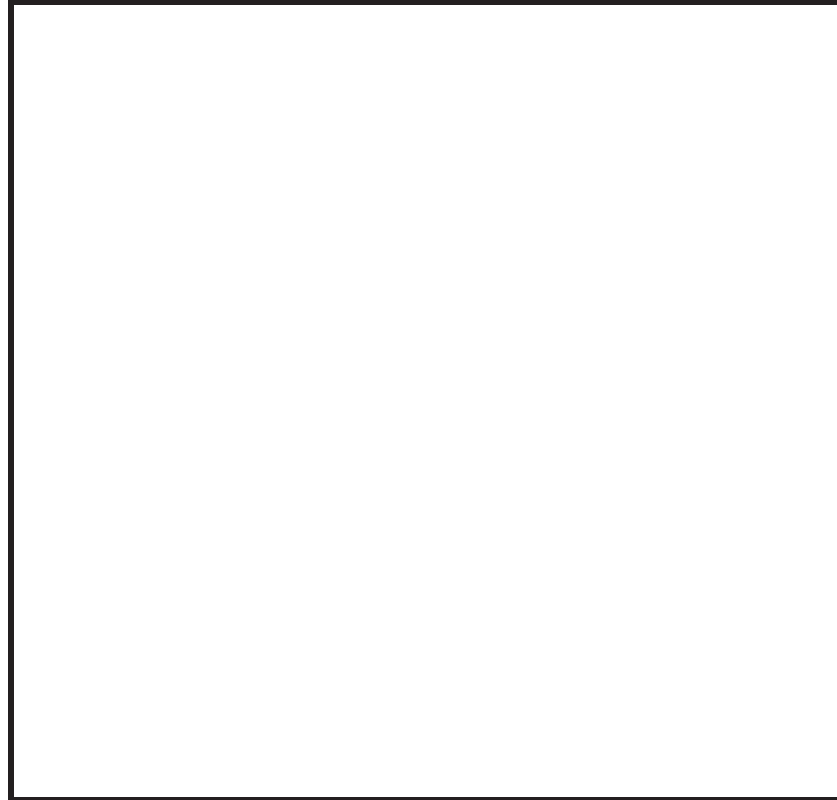


図 7.2-9 循環水ポンプ(A)の工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-18 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度* (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
循環水 ポンプ(A)	0.38	41	基礎ボルト	SS400	50
			ポンプ取付 ボルト	SCM435	50
			吐出エルボ 取付ボルト	SCM435	50
			吐出配管ボ ルト	SS400	50

注記 \*：最高使用温度 41°Cより，周囲環境温度 50°Cの方が温度が高いことから，保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-19 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
循環水ポンプ(A)	吐出配管ボルト	引張	93	186

## 2.10 循環水ポンプ(B)

循環水ポンプ(B)は、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-10 に示し、機器仕様を表 7.2-20 に、応力評価結果を表 7.2-21 に示す。なお、表 7.2-21 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

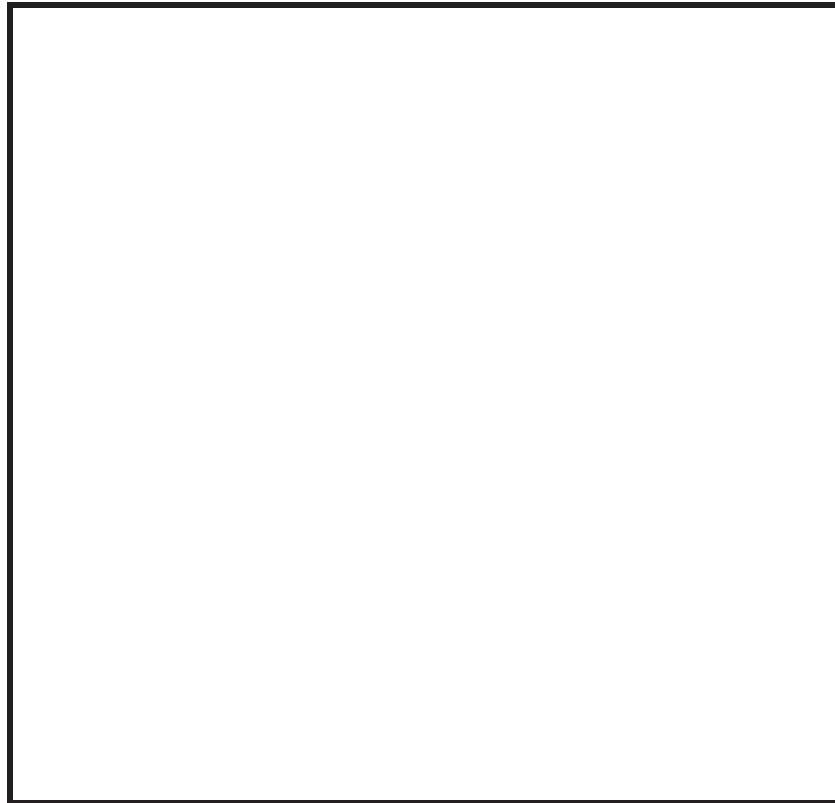


図 7.2-10 循環水ポンプ(B)の工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-20 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度* (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
循環水 ポンプ(B)	0.38	41	基礎ボルト	SS400	50
			ポンプ取付 ボルト	SCM435	50
			吐出エルボ 取付ボルト	SCM435	50
			吐出配管ボ ルト	SCM435	50
			ベース架台 取付ボルト	SCM435	50

注記 \*：最高使用温度 41°Cより，周囲環境温度 50°Cの方が温度が高いことから，保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-21 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
循環水ポンプ(B)	ベース架台 取付ボルト	せん断	142	366



## 2.11 配管

配管は、サポートの追設やサポートへ補強部材を追加することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-11 に示し、機器仕様を表 7.2-22 に、応力評価結果を表 7.2-23 に示す。なお、表 7.2-23 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

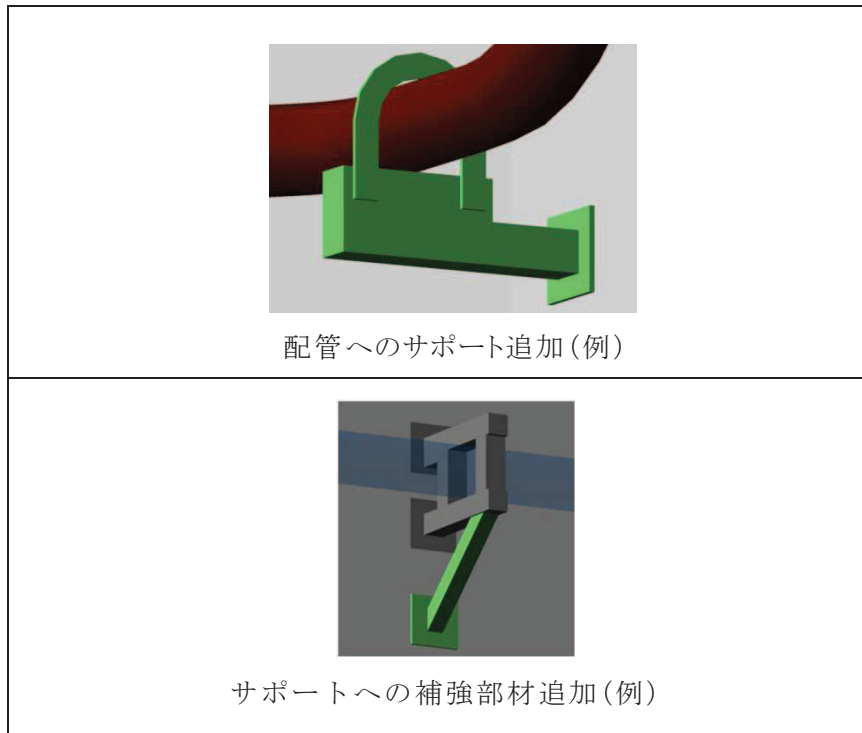


図 7.2-11 配管の工事内容

表 7.2-22 機器仕様

設備名称	最高使用压力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	評価部位	使用材料
配管 (換気空調補機常 用冷却水系)	1.27	85	配管本体	STPG370
			支持構造物	SS400

表 7.2-23 応力評価結果

設備名称	評価部位	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
配管 (換気空調補機常 用冷却水系)	配管本体	一次+二次	344	354
	支持構造物	一次+二次	102	142

## 7.3 溢水防護に係る設備の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性について

### 1. 概要

溢水防護に係る設備（貫通部止水処置，水密扉，堰，逆流防止装置，循環水系隔離システム，タービン補機冷却海水系隔離システム，）及び基準地震動  $S_s$  による地震力に対して耐震性を有することから溢水源としない耐震 B, C クラスにおける，対象設備・部位の代表性及び網羅性について説明する。

### 2. 溢水防護に係る設備

#### 2.1 貫通部止水処置

貫通部止水処置については，シール材（充填タイプ，コーキング），モルタル，ブーツを用いる方法があり，耐震評価は以下の理由によりモルタルを評価対象とする。

[モルタルを評価対象とする理由]

シール材については，貫通部近傍に支持構造物を設置しており，地震時は建屋壁と貫通物が一体で動くことから，相対変位な軽微な箇所を設置している。また，電線管，ケーブルトレイ内に適用するシール材は，柔軟性及び余長を有するケーブル隙間に充填することとしており，地震時にケーブルに発生する荷重は小さく軽微である。このため，地震によるシール材への影響は軽微であることから，評価対象部位としない。

ブーツについては，伸縮性ゴムを使用しており，配管の地震変位対しても十分な伸縮性を有している。このため，地震による影響は軽微であることから評価対象部位としない。

モルタルについては，地震時に貫通する配管等の反力が直接作用することが考えられるため，評価対象とする。また，モルタルの評価については，最大荷重が作用する貫通部を代表として評価する。

表 7.3-1 に貫通部止水処置の構造計画を示す。

表 7.3-1 貫通部止水処置の構造計画 (1/2)

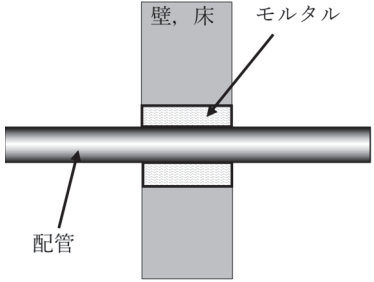
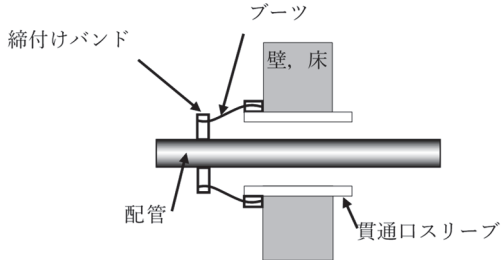
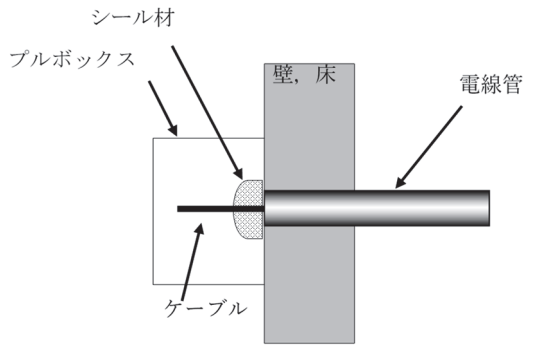
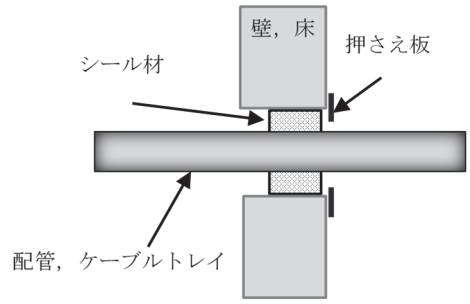
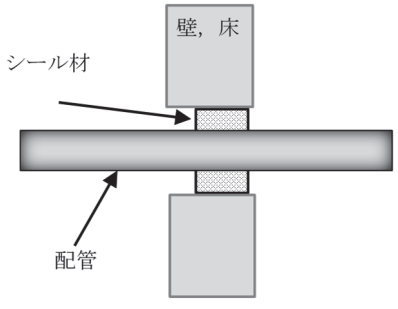
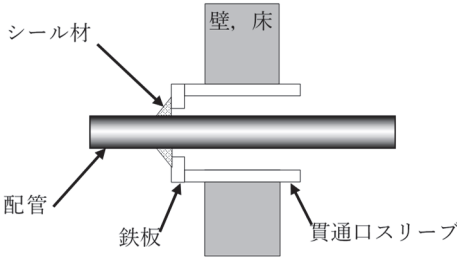
設備名称	計画の概要		概略構造図
	主体構造	支持構造	
貫通部 止水処置	モルタルにて構成する。	貫通部の開口部にモルタルを充填し、硬化後は貫通部内面及び貫通物外面と一定の付着力によって接合する。	
	ブーツと締付けバンドにて構成する。	高温配管の熱膨張変位及び地震時の変位を吸収できるよう伸縮性ゴムを用い、壁面又は床面の貫通ロスリーブと配管を締付けバンドにて締結する。	
	充填タイプのシール材にて構成する。	貫通部の開口部にシール材を充填する。施工時は液状であり、反応効果によって所定の強度を有する構造物が形成され貫通部内面及び貫通物外面と一定の付着力によって接合する。	  <p>(押さえ板有り)</p>

表 7.3-1 貫通部止水処置の構造計画 (2/2)

設備名称	計画の概要		概略構造図
	主体構造	支持構造	
貫通部 止水処置	充填タイプのシール材にて構成する。	貫通部の開口部にシール材を充填する。施工時は液状であり、反応効果によって所定の強度を有する構造物が形成され貫通部内面及び貫通物外面と一定の付着力によって接合する。	 <p>(押さえ板無し)</p>
	コーキングタイプのシール材にて構成する。	貫通部の開口部と貫通部の隙間にコーキングする。施工時は液状であり、反応硬化によって所定の強度を有する構造物が形成され、鉄板及び貫通物外面と一定の付着力によって接合する。	

2.2 循環水系隔離システム，タービン補機冷却海水系隔離システム

循環水系隔離システム，タービン補機冷却海水系隔離システムは，添付資料「VI-2-1-13-9 計器スタンションの耐震性についての計算書作成の基本方針」に基づき，基礎ボルトの応力評価及び漏えい検知器の電氣的機能維持確認を実施している。

図 7.3-1 および図 7.3-2 に漏えい検知器の概略図を示す。

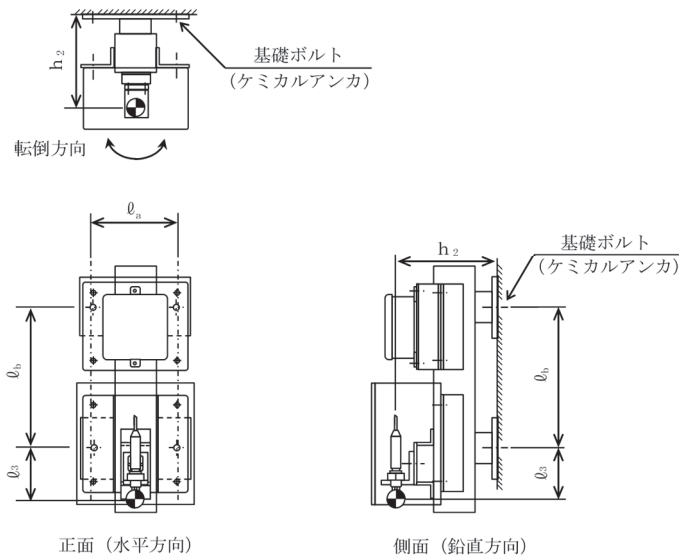


図 7.3-1 漏えい検知器概略図 (循環水系隔離システム)

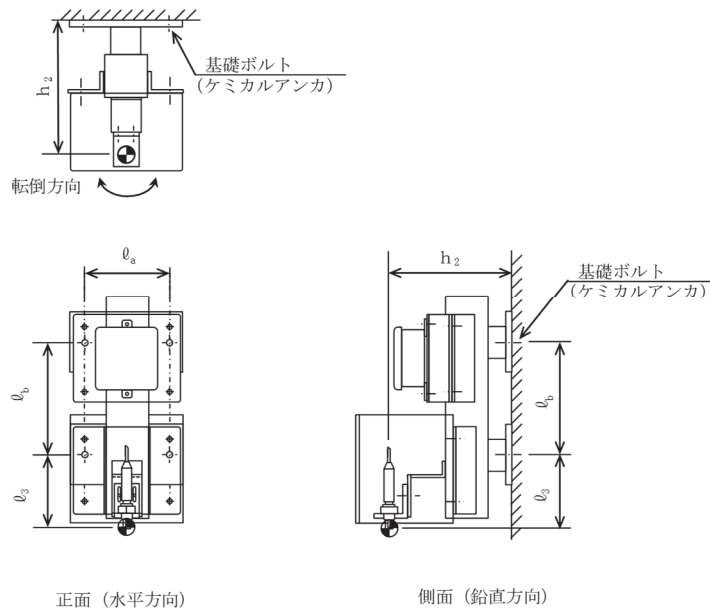


図 7.3-2 漏えい検知器概略図 (タービン補機冷却海水系隔離システム)

### 3. 溢水源としない耐震 B, C クラス機器

#### 3.1 機器（容器類・ポンプ類）

耐震評価対象の容器類，ポンプ類については，添付資料「VI-2-1-13 機器・配管系の計算書作成の方法」にて示している構造と同様であることから，それら方針書に基づき以下に示す部位を評価部位として選定している。

- ・胴板
- ・脚
- ・基礎ボルト など

#### 3.2 配管（配管，弁及び支持構造物）

耐震評価対象の配管系については，添付資料「VI-2-1-14 計算書作成の方法」にて示す配管，弁及び支持構造物の構造と同様であることから，それら方針書に基づき，以下に示す部位を評価部位として選定している。

- ・配管本体
- ・支持構造物

## 7.4 使用済燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出

### 1. 概要

使用済燃料貯蔵プールの冷却機能及び給水機能を有する系統の防護対象設備については、想定破損による溢水、消火水の放水による溢水及び地震に起因する機器の破損等により生じる溢水に対して機能喪失しないことを確認している。

ここでは、基準地震動  $S_s$  におけるスロッシングによる使用済燃料プール等からの溢水量を評価するとともに、スロッシングによる溢水量を含めた地震に起因する機器の破損等により生じる溢水量に対し、使用済燃料プールの冷却（保安規定で定めた水温 65°C 以下）機能及び使用済燃料の遮蔽機能維持に必要な水位が確保されていることを確認した。

### 2. 使用済燃料プールのスロッシング、原子炉ウェル及び蒸気乾燥器・気水分離器ピットによる溢水量の評価

使用済燃料プール、原子炉ウェル及び蒸気乾燥器・気水分離器ピット（以下「DS ピット」という。）による溢水量の算出に当たっては、基準地震動  $S_s$  による地震力により生じるスロッシング現象を 3 次元流動解析により評価し、使用済燃料プール外へ漏えいする水量を溢水量として算出する。

#### 2.1 解析方法

使用済燃料プール、原子炉ウェル・DS ピット及び上部空間をモデル化範囲とし、初期水位は通常水位であるオーバーフロー水位（O.P. +32.895m）とし 3 次元流動解析により溢水量を算出する。

解析に用いる地震動は、使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DS ピットが存在する標高近傍の水平方向床応答スペクトルに基づき、使用済燃料プールの固有周期において応答が最も大きい  $S_s$ -D1 を用いて解析を実施し、溢水量を算出する。

使用済燃料プールが存在する標高近傍の水平方向床応答スペクトルを図 7.4-1 に示す。

また、使用済燃料プールの概要図を図 7.4-2、使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DS ピットが設置される原子炉建屋 3 階の機器配置図を図 7.4-3 に示す。



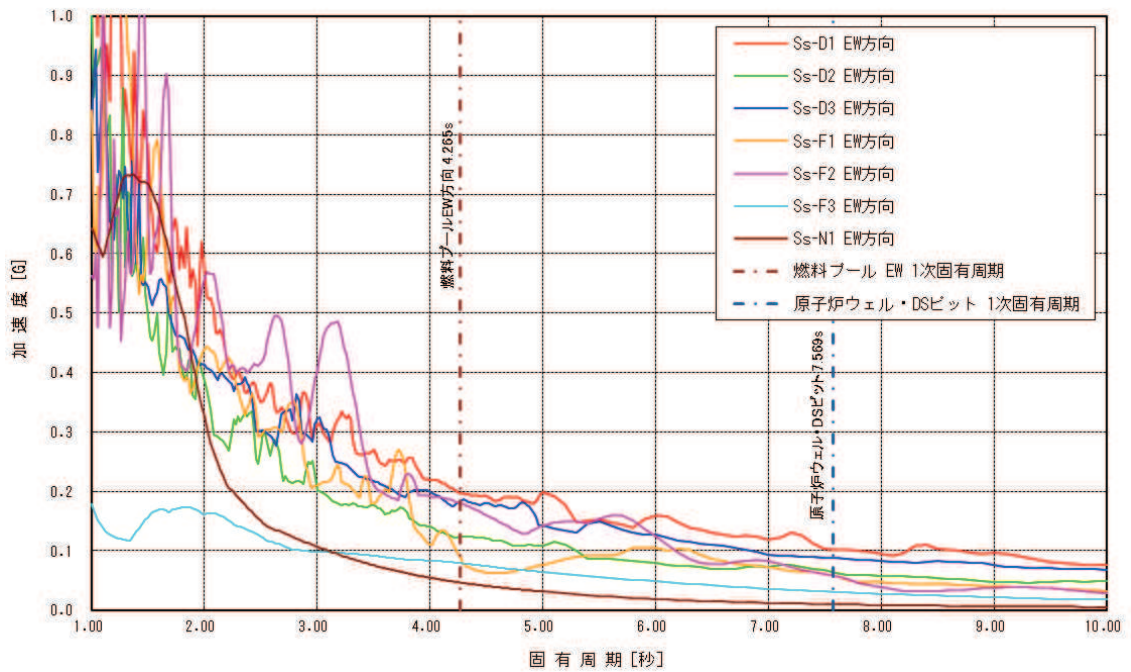


図 7.4-1 水平方向床応答スペクトルと使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DSピットの固有周期との関係 (EW 方向)

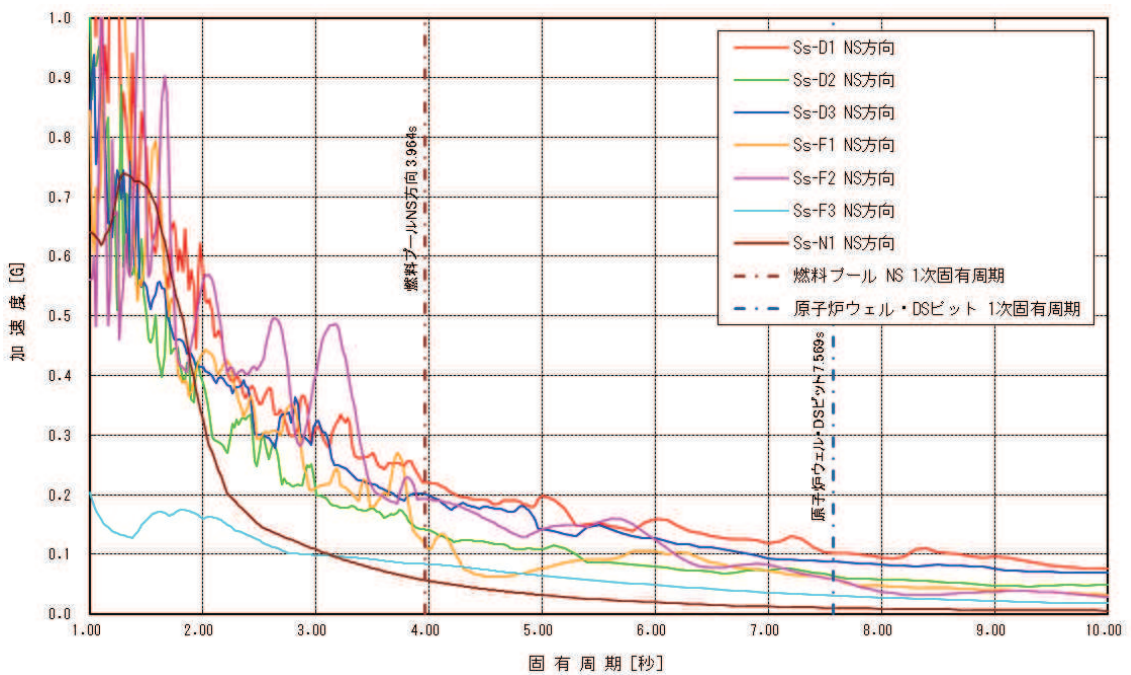


図 7.4-1 水平方向床応答スペクトルと使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DSピットの固有周期との関係 (NS 方向)

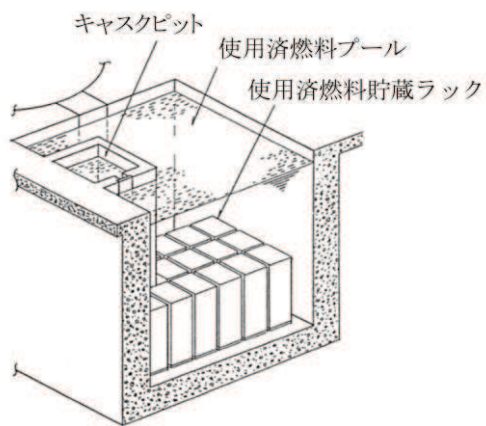


図 7.4-2 使用済燃料プールの概要図

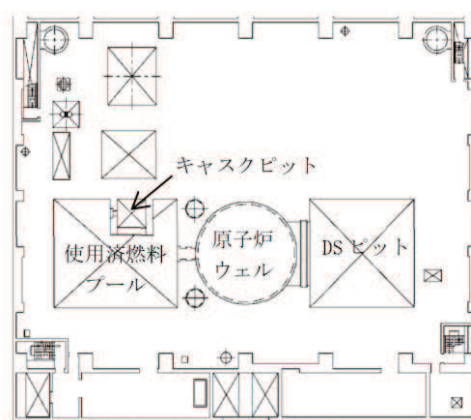


図 7.4-3 原子炉建屋 3 階の機器配置図

## 2.2 解析条件

解析条件を表 7.4-1 に示す。解析モデル図を図 7.4-4 及び図 7.4-5 に示す。

表 7.4-1 解析条件

モデル化範囲	<ul style="list-style-type: none"> <li>使用済燃料プール，原子炉ウェル・DSピット</li> </ul>
境界条件	<ul style="list-style-type: none"> <li>使用済燃料プール等の周辺に設置されているカーブ上端高さ（燃料取替床の床面高さ+0.1m）以上に上昇し，プール外側に溢れた水を溢水量として計算</li> </ul>
初期水位	<ul style="list-style-type: none"> <li>通常水位 (N. W. L)，O. P. +32.895m（オーバーフロー水位）</li> </ul>
評価用地震動	<ul style="list-style-type: none"> <li>原子炉建屋 O. P. +22.5m の応答を使用</li> <li>基準地震動 <math>S_s</math> (<math>S_s</math>-D1：応答スペクトルに基づく地震動) に対し，NS 方向と UD 方向，EW 方向と UD 方向の時刻歴を用いる。</li> </ul>
解析コード	<ul style="list-style-type: none"> <li>Fluent Ver. 14.5（汎用熱流体解析コード）</li> <li>自由表面（及び2流体界面）の大変形を伴う複雑な3次元流動現象を精度よく計算することができる。</li> <li>一般産業施設の主要な解析実績としては，液体燃料やLNGタンクスロッシング解析，インクジェット解析，鋳造湯流れ凝固解析などが挙げられる。</li> </ul>
その他	<ul style="list-style-type: none"> <li>使用済燃料プール等の内部の構造物はキャスクピットと底面段差を考慮するが，使用済燃料貯蔵ラック，蒸気乾燥器及びシュラウドヘッドは考慮しない。</li> <li>キャスクピット内プールは中実構造とする。</li> <li>プール周囲に設置されているフェンス等による溢水の抑制効果は考慮しない。</li> <li>使用済燃料プール内部の水は通常水位で一定管理されているものとする。</li> </ul>

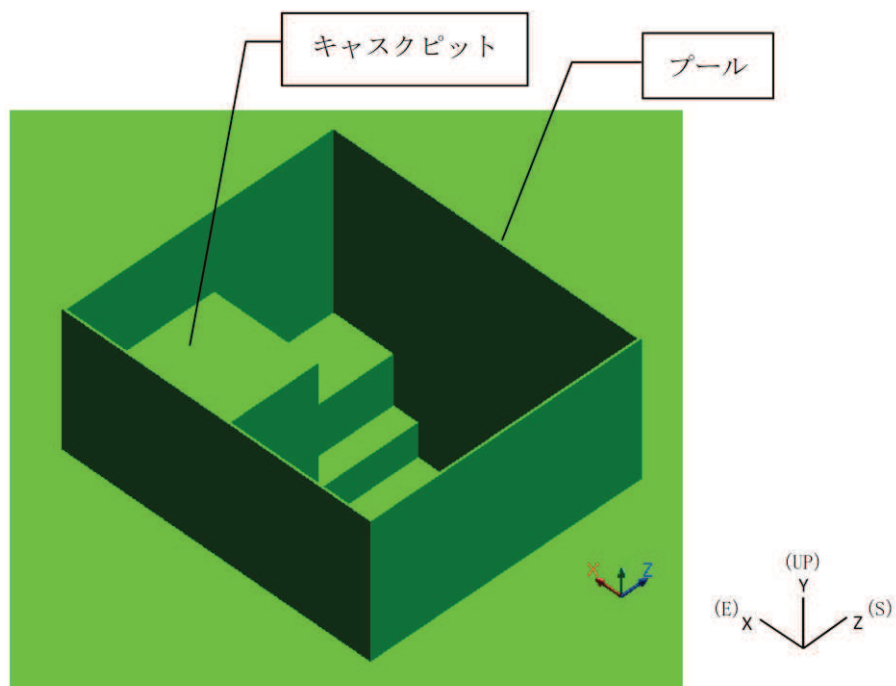


図 7.4-4 使用済燃料プールの解析モデル図 (1/2)



図 7.4-4 使用済燃料プールの解析モデル図 (2/2)

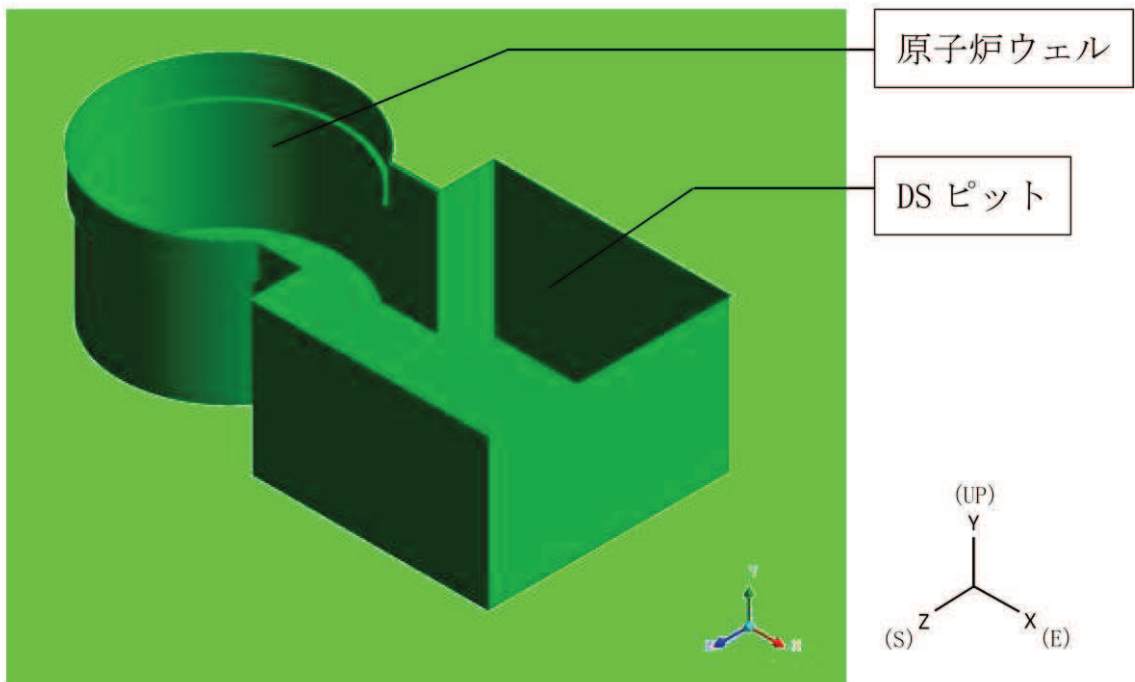


図 7.4-5 原子炉ウェル・DS ピットの解析モデル図 (1/2)



図 7.4-5 原子炉ウェル・DS ピットの解析モデル図 (2/2)

### 2.3 入力地震動

入力する地震動は、基準地震動  $S_s$ （全7波）のうち地震継続時間及び応答加速度の観点から使用済燃料プール及び原子炉ウエル・DSピットの固有周期における応答が最も大きい  $S_s$ -D1 を評価用代表として選定し、原子炉建屋 0.P. +22.50m の応答波を用いて、2方向（EW方向+UD方向、NS方向+UD方向）同時入力時刻歴解析を実施した。

$S_s$ -D1 の継続時間を表 7.4-2 に示す。 $S_s$ -D1 による入力地震動を図 7.4-6 に示す。

表 7.4-2 地震波と解析ケース

評価ケース	適用入力地震波	継続時間	地震動の入力方向
Case1	S <sub>s</sub> -D1	137.90	EW+UD
Case2			NS+UD

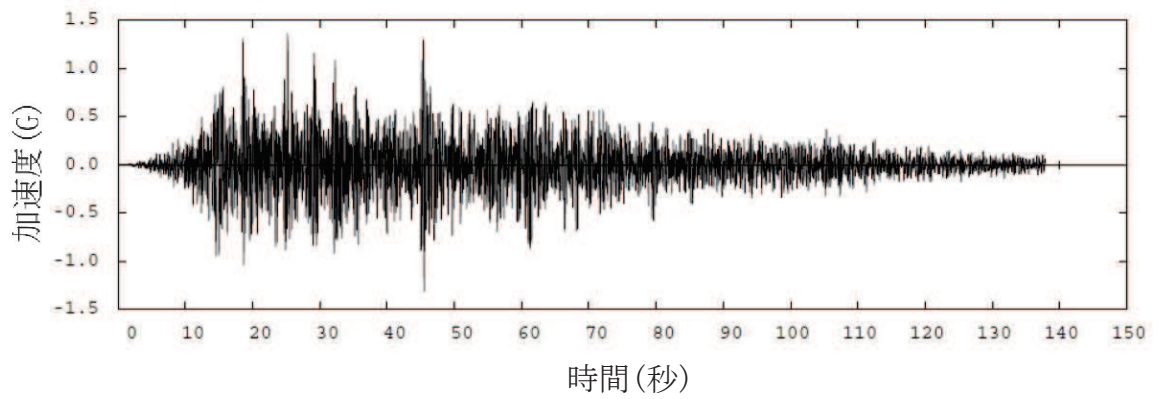


図 7.4-6 評価用地震動 (Ss-D1) の時刻歴加速度波形 (EW 方向)

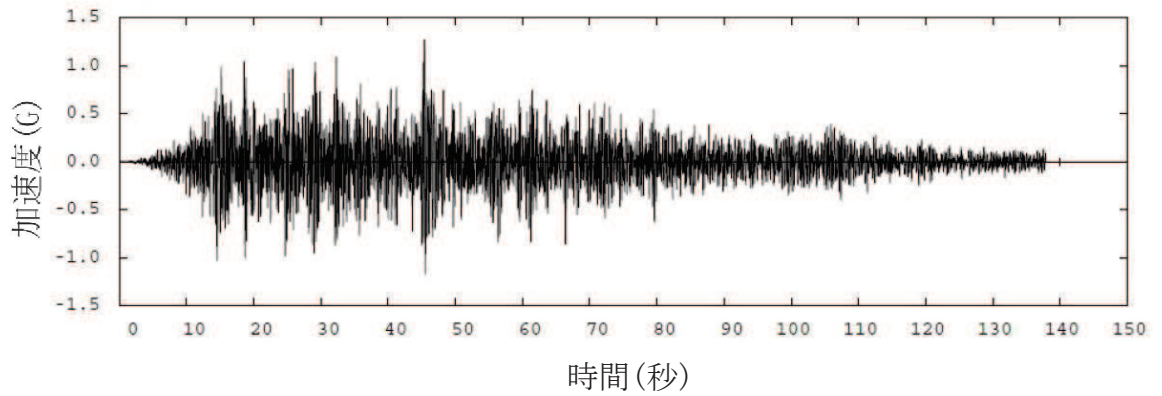


図 7.4-6 評価用地震動 (Ss-D1) の時刻歴加速度波形 (NS 方向)

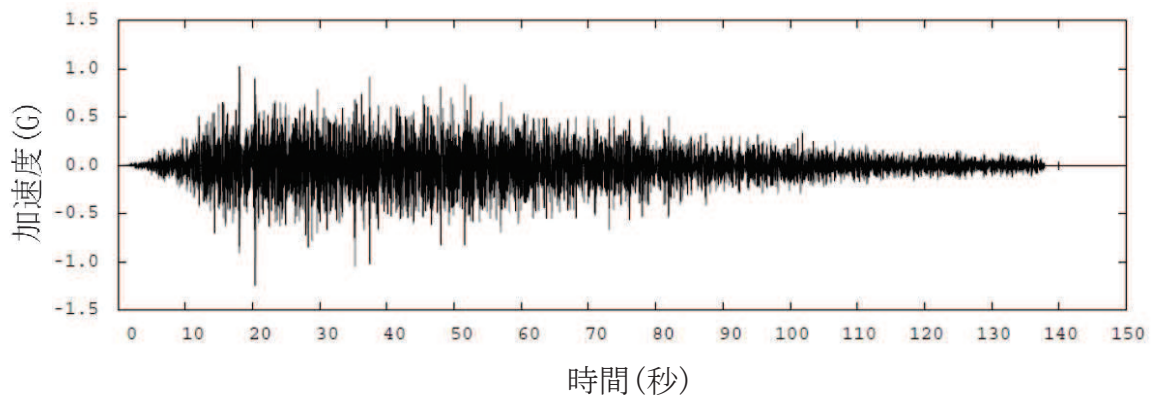


図 7.4-6 評価用地震動 (Ss-D1) の時刻歴加速度波形 (UD 方向)

## 2.4 評価結果

各評価ケースにおける使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DSピットのスロッシングによる溢水量と水位を表7.4-3及び表7.4-4に示す。なお、スロッシング後の水位の算出にあたっては、プール水位を一定に保っていることから通常水位とする。

また、使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DSピットからの溢水量の変化を図7.4-7及び図7.4-8に示す。

表 7.4-3 スロッシングによる溢水量

評価ケース	解析結果[m <sup>3</sup> ]		評価に用いる 溢水量[m <sup>3</sup> ]
	使用済燃料 プール	原子炉ウェル DSピット	
Case1：EW+UD 方向	37	60	41* <sup>1</sup> (107* <sup>2</sup> )
Case2：NS+UD 方向	34	61	

注記\*1：使用済燃料プールのスロッシングによる溢水量の多いCase1の解析結果に10%の余裕を見込み、小数第1位を切り上げ処理し算出した。

\*2：使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DSピットを含めたスロッシングによる溢水量の多いCase1の解析結果に10%の余裕を見込み、小数第1位を切り上げ処理し算出した。

表 7.4-4 スロッシング発生後の使用済燃料プール水位

初期プール水位 (m)	11.515 (O. P. +32.895)
水位低下量 (m) (使用済燃料プール単独のスロッシングを考慮した場合)	0.27* <sup>1</sup>
水位低下量 (m) (原子炉ウェル・DSピットのスロッシングも考慮した場合)	0.26* <sup>2</sup>
スロッシング発生後のプール水位 (m) (使用済燃料プール単独のスロッシングを考慮した場合)	11.245 (O. P. +32.625)
スロッシング発生後のプール水位 (m) (原子炉ウェル・DSピットのスロッシングも考慮した場合)	11.255 (O. P. +32.635)

注記\*1：溢水量(41m<sup>3</sup>)を使用済燃料プールの面積で除し、小数第3位を切り上げて算出した。

\*2：溢水量(107m<sup>3</sup>)を使用済燃料プール・原子炉ウェル・DSピットの合計面積で除し、小数第3位を切り上げて算出した。



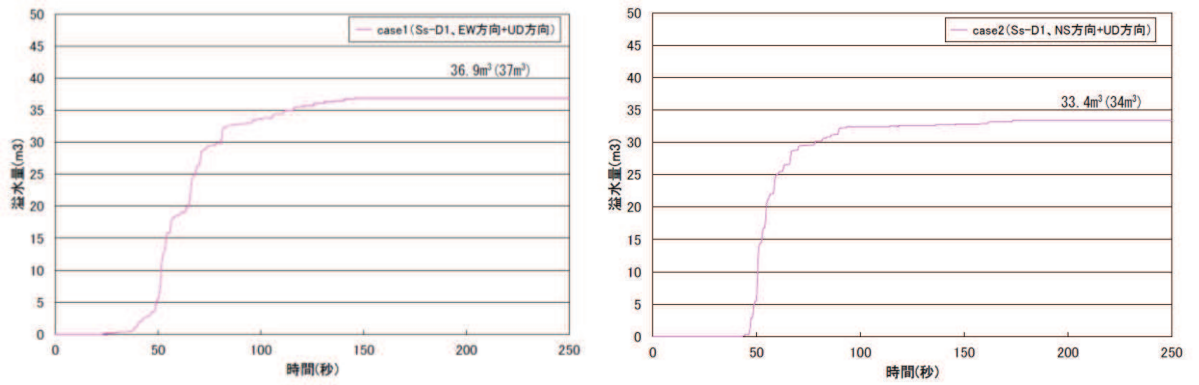


図 7.4-7 溢水量の時間変化 (使用済燃料プール)

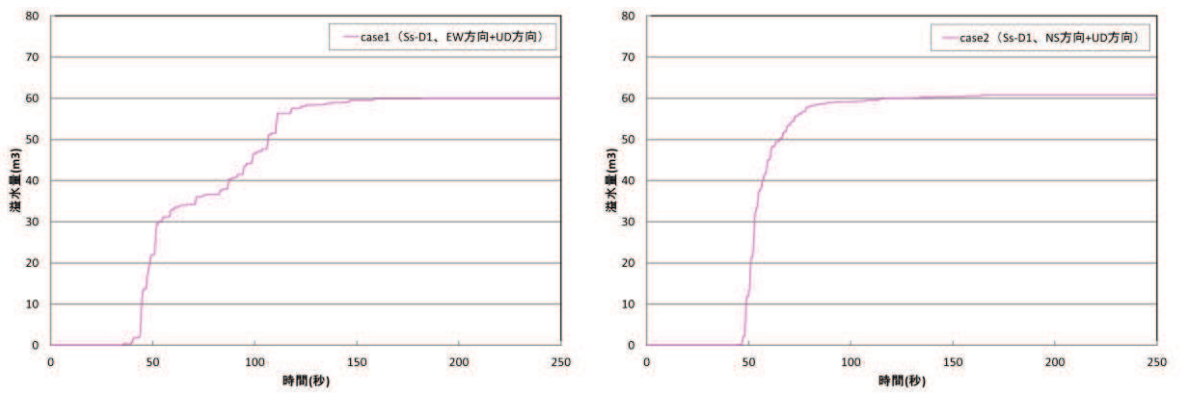


図 7.4-8 溢水量の時間変化 (原子炉ウェル・DSピット)

### 3. 使用済燃料プール等のスロッシングに対する冷却機能及び遮蔽機能の維持の確認

#### 3.1 使用済燃料プール等のスロッシングに対する冷却機能の維持

地震起因による溢水影響評価において、残留熱除去系による使用済燃料プールへの冷却機能・給水機能が維持されることを確認しているが、表 7.4-4 より地震後の使用済燃料プール水位が一時的にプール冷却に必要な水位 (11.515m オーバーフロー水位) を下回るため、使用済燃料プール水の温度上昇に対する時間余裕と、系統切替操作にかかる時間を評価し、使用済燃料プール水温が保安規定で定める水温 (65℃) を上回らないことを、以下のとおり確認した。

##### 3.1.1 使用済燃料プール水の温度上昇に対する時間余裕と系統切替操作にかかる時間

使用済燃料プール水の温度上昇に対する時間余裕については、有効性評価で想定している、原子炉停止後に最短時間 (原子炉停止後 10 日) で取り出された全炉心分の燃料と、過去に取り出された貯蔵燃料が、使用済燃料貯蔵ラックに最大数保管されていることを想定し、また地震に伴うスロッシングによる溢水量 41 (m<sup>3</sup>) を使用済燃料プールの初期保有水量から差し引いた状態にて算出した。使用済燃料プール水温度が 65℃に到達するまでの時間余裕を表 7.4-5 にまとめる。なお、初期水温は 40℃と想定した。また、残留熱除去系による使用済燃料プールへの給水に要する時間を表 7.4-6 示す。

以上により、使用済燃料プール水温度上昇に対する時間余裕の中で、残留熱除去系によるプールへの給水が完了し、またプール冷却機能も維持されていることから、使用済燃料プール水温が保安規定で定める水温 (65℃) を上回ることはない。

表 7.4-5 使用済燃料プール水温度と時間余裕

使用済燃料プール水	65℃到達時間(h)	100℃到達時間(h) (参考)
	5	13

表 7.4-6 残留熱除去系による使用済燃料プールへの給水に要する時間

現場所要時間 (min) (漏えい箇所の特定, 系統切替操作)	50* <sup>1</sup>
給水流量 (m <sup>3</sup> /h)	300* <sup>2</sup>
給水完了時間 (h)	2* <sup>3</sup>

注記\*1: 残留熱除去系への系統切替手順は運転手順書にて定められている。また現場所要時間(漏えい箇所の特定, 系統切替操作)が50分程度であること及び系統切替操作時の運転員によるアクセス性について問題ないことを確認している。

\*2: 運転手順書にて定める, 残留熱除去系ポンプ1台の運転時流量

\*3: 現場所要時間(漏えい箇所の特定, 系統切替操作)及び給水時間に余裕を考慮し設定

### 3.2 使用済燃料プール等のスロッシングに対する遮蔽機能の維持

使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DSピットからのスロッシングによる溢水量がプール外へ流失した際に、使用済燃料の遮蔽機能に必要なプール水位が確保されていることを確認した結果を表 7.4-7 に示す。

表 7.4-7 溢水時における使用済燃料プールの遮蔽機能維持の確認結果

スロッシング発生後のプール水位 (m) (使用済燃料プール単独のスロッシングを考慮した場合)	11.245 (O. P. +32.625)
スロッシング発生後のプール水位 (m) (原子炉ウェル・DSピットのスロッシングも考慮した場合)	11.255 (O. P. +32.635)
遮蔽機能の維持に必要な水位*1 (m)	7.958 (O. P. +29.338)

注記\*1：使用済燃料を考慮した、使用済燃料プール水面の設計基準線量率 ( $\leq 0.05\text{mSv/h}$ )  
を満足する水位

#### 4. 原子炉ウェル・DS ピットを考慮した溢水量について

使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DS ピットのスロッシングによる溢水を含めた地震時の機器の破損による溢水が発生した場合に必要な安全機能が損なわれないことを確認する。

表 7.4-3 に示す溢水量 (107m<sup>3</sup>) が原子炉建屋原子炉棟 3 階燃料取替床に流出した場合、燃料取替床における想定破損 (原子炉補機冷却水系の溢水量 265m<sup>3</sup>) による溢水影響評価結果に包含されることから、必要な安全機能が損なわれることはない。

## 8.1 タービン建屋内で発生する溢水の溢水影響評価について

### 1. 概要

タービン建屋における溢水の発生を想定するエリアは、管理区域および非管理区域の 2 エリアである。それぞれ地震に起因する耐震 B, C クラス機器の破損、循環水配管の伸縮継手の破損を想定し、ポンプの停止や弁の閉止により隔離が完了するまでの間に生じる溢水と耐震 B, C クラス機器の保有水による溢水が、タービン建屋各エリアの空間部に滞留するものとして浸水水位を算出する。

管理区域については、循環水系隔離システムによる自動隔離機能に期待した評価を実施する。

非管理区域については、タービン補機冷却海水系隔離システムによる自動隔離に期待した評価を実施する。

なお、想定破損による溢水及び消火水の放水による溢水については、地震により発生する溢水より溢水量が少ないことから、地震による溢水の評価に包含される。

### 2. 管理区域の溢水量評価

#### 2.1 評価条件

- (1) 手動隔離は期待しない。
- (2) 系統保有水量には配管保有水量に加えて、機器の内容積も考慮する。
- (3) 給水系の溢水量算出は、①配管破断⇒②原子炉水位低 (L2) ⇒③主蒸気隔離弁「閉」⇒④復水器ホットウェル水位低下⇒⑤低圧復水ポンプトリップ⇒⑥高圧復水ポンプトリップ⇒⑦原子炉給水ポンプトリップとし、③から⑦までの漏えい量は復水器ホットウェル水位の変化量 (NWL~LLWL) とした。また、①から③までの漏えい時間は 60 秒と想定した。
- (4) ヒータードレン系については地震スクラム⇒主蒸気隔離弁「閉」⇒タービントリップ⇒ドレン発生停止とした。
- (5) 循環水系については、復水器入口の伸縮継手部の全周破損を想定し、循環水系隔離システムによる自動隔離を考慮し、復水器入口の伸縮継手部の全周破損に伴う漏えい開始 20 秒後に復水器室にて漏えいを検知し、循環水ポンプトリップ⇒漏えい検知の 30 秒後に循環水ポンプ吐き出し停止となり漏えいが止まるものとして算定した。なお、津波による影響に関しては、津波来襲前に復水器水室出入口弁を全閉することにより、津波がタービン建屋内に浸入しないため、影響はない。

#### 2.2 溢水量と浸水水位の評価

耐震 B, C クラス設備の破損および循環水系配管の破損に伴う溢水量の算出結果を表 8.1-1 に示す。

(1) 給水系の系統漏えい量について

給水系の系統漏えい量 W1 は、2.1(3)の評価条件に基づき算出した。算出結果を表 8.1-2 に示す。

(2) 循環水系の系統漏えい量について

給水系の系統漏えい量 W1 は、2.1(5)の評価条件に基づき算出した。算出結果を表 8.1-3 に示す。

表 8.1-1 タービン建屋（管理区域）系統別溢水量

対象系統		系統保有水量(m <sup>3</sup> ) W2	系統漏えい量(m <sup>3</sup> ) W1	系統溢水量(m <sup>3</sup> ) W(=W1+W2)
K11	RD	11	0	11
K12	LCW	22	0	22
K13	HCW	22	0	22
K17	SD	22	0	22
K21	SS	55	0	55
N21	C, FDW	649	496	1,145
N22	HD	330	0	330
N26	CF	132	0	132
N27	CD	209	0	209
N32	EHC	11	0	11
N34	LO	198	0	198
N44	SWC	22	0	22
N71	CW	1,200	2,770	3,970
P11	MUWP	11	0	11
P13	MUWC	33	0	33
P14	FW	11	0	11
P24	HNCW	110	0	110
P42	RCW	66	0	66
P43	TCW	231	0	231
P62	HS/HSCR	19	0	19
P64	HWH	33	0	33
U43	FP	180	0	180

地震起因による溢水量 (W の合計値) =6,843m<sup>3</sup>

表 8.1-2 給水系の系統漏えい量

	溢水流量 (m <sup>3</sup> /h) Q	漏えい時間 (s) t	系統漏えい量 (m <sup>3</sup> ) W1
配管破断～主蒸気隔離弁閉まで	5760*	60	96
主蒸気隔離弁閉～ 原子炉給水ポンプトリップまで	—	—	400

地震起因による給水系の系統漏えい量合計 (W1 の合計値) =496m<sup>3</sup>

注記\* : 2880m<sup>3</sup>/h (原子炉給水ポンプの容量) ×2 (原子炉給水ポンプ台数) より算出

表 8.1-3 循環水系の系統漏えい量

	溢水流量 (m <sup>3</sup> /min) Q	漏えい時間 (s) t	系統漏えい量 (m <sup>3</sup> ) W1
漏えい開始から漏えい検知まで	3324*	20	1108
漏えい検知から循環水ポンプ吐 出し停止まで	3324*	30	1662

地震起因による循環水系の系統漏えい量合計 (W1 の合計値) =2770m<sup>3</sup>

注記\* : 1662m<sup>3</sup>/min (循環水ポンプの吐出流量) ×2 (循環水ポンプ台数) より算出

上記より算出したタービン建屋 (管理区域) の地震による溢水量及び溢水水位を表 8.1-4 に示す。

表 8.1-4 タービン建屋 (管理区域) における溢水水位

区画		溢水量 (m <sup>3</sup> )	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	溢水水位 (m)
名称	基準床レベル	①	②	③
復水器室 共通エリア	0. P. +8. 0m	6, 003* <sup>1</sup>	2, 761. 9	2. 2* <sup>2</sup>

注記\*1 : 復水器廻りの掘込部の容積, 840m<sup>3</sup> を考慮した値

\*2 : 床面のコンクリート増し打ち分の最大値, 55mm を考慮した値



### 3. 非管理区域の溢水量評価

#### 3.1 評価条件

- (1) 手動隔離は期待しない。
- (2) 系統保有水量には配管保有水量に加えて、機器の内容積も考慮する。
- (3) タービン補機冷却海水系については、タービン補機冷却海水系隔離システムによる自動隔離を考慮し、配管破損に伴う漏えい開始 30 秒後にタービン補機冷却水系熱交換器・ポンプ室にて漏えいを検知し、タービン補機冷却海水ポンプトリップ⇒漏えい検知の 30 秒後にタービン補機冷却海水ポンプ吐き出し停止となり漏えいが止まるものとして算定した。なお、津波による影響に関しては、津波来襲前にタービン補機冷却海水ポンプ吐出弁を全閉することにより、津波がタービン建屋内に浸入しないため、影響はない。

#### 3.2 溢水量と浸水水位の評価

耐震 B, C クラス設備の破損およびタービン補機冷却海水系配管の破損に伴う溢水量の算出結果を表 8.1-5 に示す。

表 8.1-5 タービン建屋（非管理区域）系統別溢水量

対象系統		系統保有水量(m <sup>3</sup> ) W2	系統漏えい量(m <sup>3</sup> ) W1	系統溢水量(m <sup>3</sup> ) W(=W1+W2)
P11	MUWP	11	0	11
P14	FW	11	0	11
P24	HNCW	110	0	110
P42	RCW	66	0	66
P43	TCW	231	0	231
P46	TSW	99	75	174
P62	HS/HSCR	19	0	19
U43	FP	180	0	180
U63	MSC	22	0	22

地震起因による溢水量 (W の合計値) =824m<sup>3</sup>

#### (1) タービン補機冷却海水系の系統漏えい量について

給水系の系統漏えい量 W1 は、3.1(3) の評価条件に基づき算出した。算出結果を表 8.1-6 に示す。

表 8.1-6 タービン補機冷却海水系の系統漏えい量

	溢水流量 (m <sup>3</sup> /min) Q	漏えい時間 (s) t	系統漏えい量 (m <sup>3</sup> ) W1
漏えい開始から漏えい検知まで	75*	30	37.5
漏えい検知から循環水ポンプ吐出し停止まで	75*	30	37.5

地震起因によるタービン補機冷却海水系の系統漏えい量合計 (W1 の合計値) =75m<sup>3</sup>

注記\* : 37.5m<sup>3</sup>/min (タービン補機冷却海水ポンプの吐出流量) ×2 (タービン補機冷却海水ポンプ運転台数 (プラント運転状態)) より算出

上記より算出したタービン建屋 (非管理区域) の地震による溢水量及び溢水水位を表 8.1-7 に示す。

表 8.1-7 タービン建屋 (非管理区域) における溢水水位

区画		溢水量 (m <sup>3</sup> )	滞留面積 (m <sup>2</sup> )	溢水水位 (m)
名称	基準床レベル	①	②	③
タービン補機冷却水系熱交換器・ポンプ室	O.P. -0.2m	824	410.9	2.1

## 8.2 屋外タンクからの溢水影響評価について

### 1. はじめに

地震起因による屋外タンク等の破損により生じる溢水が、溢水防護区画に設置される防護すべき設備が安全機能を損なわない事を確認した。

### 2. 屋外に設置されるタンク

女川原子力発電所にある屋外タンク等のうち、基準地震動による地震力に対して耐震性が確保されないタンク等について評価を行った。評価の対象となる屋外タンク等を表 8.2-1 に示す。

表 8.2-1 屋外タンク等一覧 (1/3)

No.	タンク名称	基数	容量 (m <sup>3</sup> )	評価に用いる容量(m <sup>3</sup> )
1	No.1 純水タンク	1	1000	1000
2	No.2 純水タンク	1	2000	2000
3	1,2号ろ過水タンク	1	2000	2000
4	再生純水タンク	1	1000	0* <sup>1</sup>
5	No.1 サプレッション プール水貯蔵タンク	1	2000	0* <sup>1</sup>
6	No.2 サプレッション プール水貯蔵タンク	1	—* <sup>2</sup>	—* <sup>2</sup>
7	3号純水タンク	1	1000	1000
8	3号ろ過水タンク	1	2000	2000
9	原水タンク	1	4000	4000
10	原水タンク	1	4000	4000
11-1	1号復水浄化系復水脱塩装置硫酸貯槽	1	5.4	5.4
11-2	1号復水浄化系復水脱塩装置 苛性ソーダ貯槽	1	20	20
12	1号差圧調合槽	1	2.2	2.2
13-1	2号復水浄化系復水脱塩装置 苛性ソーダ貯槽	1	32	0* <sup>1</sup>
13-2	2号復水浄化系復水脱塩装置硫酸貯槽	1	7.5	0* <sup>1</sup>
13-3	2号硫酸計量槽	1	0.3	0* <sup>1</sup>

表 8.2-1 屋外タンク等一覧 (2/3)

No.	タンク名称	基数	容量 (m <sup>3</sup> )	評価に用い る容量(m <sup>3</sup> )
14	2号バック入り差圧調合装置	1	1	1
15	3号各種薬液貯蔵及び移送系硫酸貯槽	1	2.2	0* <sup>1</sup>
16	3号各種薬液貯蔵及び移送系 苛性ソーダ貯槽	1	10.5	0* <sup>1</sup>
17	3号差圧調合槽	1	0.1	0.1
18-1	PAC貯槽	1	2	2
18-2	硫酸貯槽	1	3.9	3.9
18-3	苛性ソーダ貯槽	1	7	7
18-4	H塔再生用硫酸貯留槽	1	0.3	0.3
19	1,2号給排水建屋	1	375.21	375.21
20	3号給排水建屋	1	404.88	404.88
21-1	高置水槽 (給湯系統)	1	6	6
21-2	高置水槽 (給水系統)	1	8	8
22-1	No.1 高架水槽	1	8	8
22-2	No.2 高架水槽	1	8	8
23-1	上水高架水槽	1	9.2	9.2
23-2	雑用水高架水槽	1	13.7	13.7
24-1	高架水槽 (飲料用)	1	1.2	1.2
24-2	高架水槽 (雑用)	1	2.0	2.0
24-3	氷蓄熱槽 (PAI-1)	1	1.01	1.01
24-4	氷蓄熱槽 (PAI-3)	1	1.49	1.49
24-5	氷蓄熱槽 (PAI-4)	1	1.49	1.49
24-6	高架水槽 (飲料水)	1	1.5	1.5
24-7	高架水槽 (雑用水)	1	2.2	2.2
24-8	氷蓄熱槽 (PAI-1)	1	1.49	1.49
24-9	氷蓄熱槽 (PAI-2)	1	1.49	1.49
24-10	氷蓄熱槽 (PAI-3)	1	1.49	1.49
25	主復水器用電解鉄イオン注入装置 電解槽	2	3.4	6.8
26	氷蓄熱槽 (PAI-1)	1	1.49	1.49
27	受水槽	1	6	6
28-1	上水受水槽	1	37	37

表 8.2-1 屋外タンク等一覧 (3/3)

No.	タンク名称	基数	容量(m <sup>3</sup> )	評価に用いる容量(m <sup>3</sup> )
28-2	雑用水受水槽	1	55	55
28-3	受水槽	1	0.5	0.5
29	燃料小出槽	1	0.95	0.95
30	給水タンク	1	2	2
31	配水池	1	300	300
32-1	ろ過タンク (浄水)	1	6	6
32-2	ろ過タンク (浄水)	1	4	4
33	消火水タンク	1	130	130
34	1号復水貯蔵タンク* <sup>3</sup>	1	2000	2000
35	No.1 屋外消火系消火水タンク	1	130	130
36	No.2 屋外消火系消火水タンク	1	130	130
合計容量(m <sup>3</sup> )				19700

注記 \*1: 評価に用いる容量は、発電所の所則類に反映し、運用容量を超過しないように管理する。

\*2: 当該設備は廃止。

\*3: 復水貯蔵タンク水の放射能濃度の管理値(上限値)に基づき、被ばく線量評価を行った場合でも、 $5.7 \times 10^{-2} \text{mSv/h}$ 程度であり、アクセス性には影響はない。

### 3. 屋外タンク溢水評価モデルの設定

#### (1) 水源の配置

女川原子力発電所の溢水影響評価対象となる屋外タンク配置図を図1に示す。評価に影響を及ぼす大型の水源（1000m<sup>3</sup>以上の大型タンク）は敷地内3箇所に分散配置されていることから（図8.2-1中の赤丸），これらの大型タンクから溢水した場合の影響について確認するため，表8.2-2に示すとおり水源を配置した。

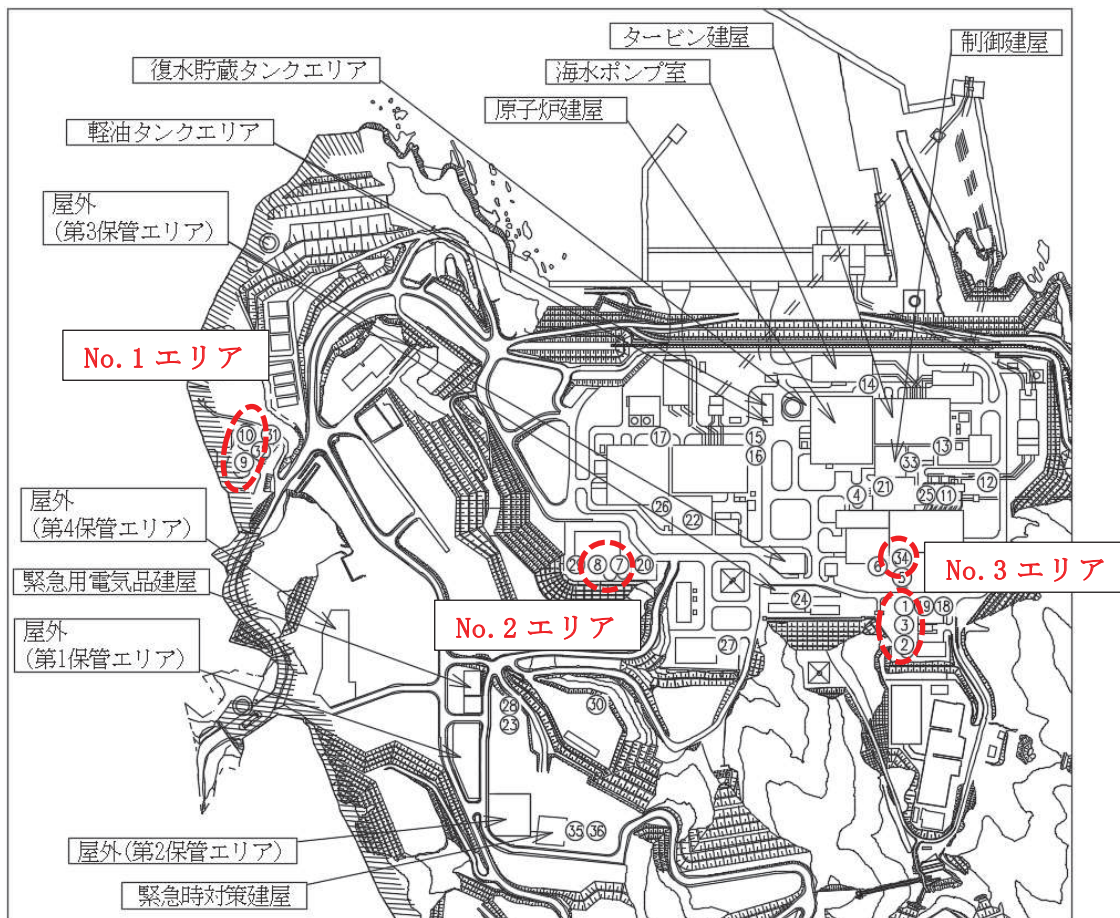


図 8.2-1 溢水影響評価の対象となる屋外タンク配置図

表 8.2-2 水源の配置

エリア	タンク名称	基数	タンク容量(m <sup>3</sup> )	評価に用いる容量*1(m <sup>3</sup> )
No.1 エリア	原水タンク	1	4000	4160
	原水タンク	1	4000	4160
No.2 エリア	3号純水タンク	1	1000	1400
	3号ろ過水タンク	1	2000	2400
No.3 エリア	No.1 純水タンク	1	1000	1200
	No.2 純水タンク	1	2000	2190
	1,2号ろ過水タンク	1	2000	2190
	1号復水貯蔵タンク	1	2000	2000
総量				19700

注記\*1：評価に用いる容量は、評価対象タンク周りの屋外タンク容量も加算した。

(2) 評価条件

タンクの損傷形態及び流出水の伝播に係る条件について以下のとおり設定した。

- a. 評価対象タンクは基礎ボルトのない平面タンクであり、地震時にはすべりが発生するためタンクと接続されているすべての配管について全周破断を想定した。
- b. 破断位置については、保守的にタンク付け根部とした。
- c. タンクからの流出については、タンク水頭に応じて流出流量が低下するものとして評価を実施した。
- d. 雨水排水路からの流出や、地盤への浸透は考慮しない。

(3) 解析モデル

解析に使用した敷地モデルを図 8.2-2 に示す。

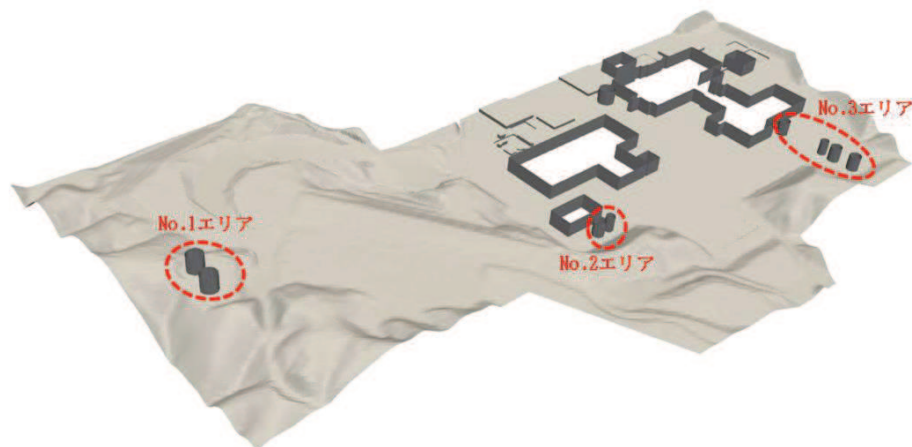


図 8.2-2 敷地モデル

#### 4. 評価評価

屋外タンク破損時の局所的な水位上昇について評価した結果、防護すべき設備が設置されている建屋・エリアのカーブ高さを超えないことを確認した。

なお、敷地が高いエリアで生じる溢水は、敷地の低いエリアに流下することから、高台に設置される第1保管エリア、第2保管エリア、緊急用電気品建屋及び緊急時対策建屋は、溢水影響がないとした。

表8.2-3に屋外タンク等破損による溢水影響評価結果を示す。また、溢水伝播挙動を図8.2-4に、水位測定箇所を図8.2-5に、水位測定箇所における浸水深を図8.2-6に示す。

表 8.2-3 屋外タンク等破損による溢水影響評価結果

建屋・エリア	カーブ高さ (m)	溢水量 (m <sup>3</sup> )	最大浸水深* <sup>5</sup> (m)	評価
原子炉建屋	0.33* <sup>1</sup>	19700	0.11	○
制御建屋	0.33* <sup>1</sup>		0.16	
タービン建屋	0.38* <sup>1</sup>		0.11	
海水ポンプ室	0.20* <sup>2</sup> (0.60* <sup>3</sup> )		0.09	
復水貯蔵タンク	0.20* <sup>1</sup>		0.11	
第3保管エリア	0.22* <sup>4</sup>		0.16	

注記 \*1：建屋外壁扉等の開口下端レベルから敷地レベルを引いた値（図8.2-3参照）

\*2：海水ポンプ室の躯体の上端から敷地レベルを引いた値

\*3：海水ポンプ室の躯体上に設置する浸水防止壁上端から敷地レベルを引いた値

\*4：第3保管エリアに保管される防護すべき設備のうち最も低い設備（電源車）の機能喪失高さにて設置した値

\*5：敷地レベル O.P. +14.8m からの浸水深

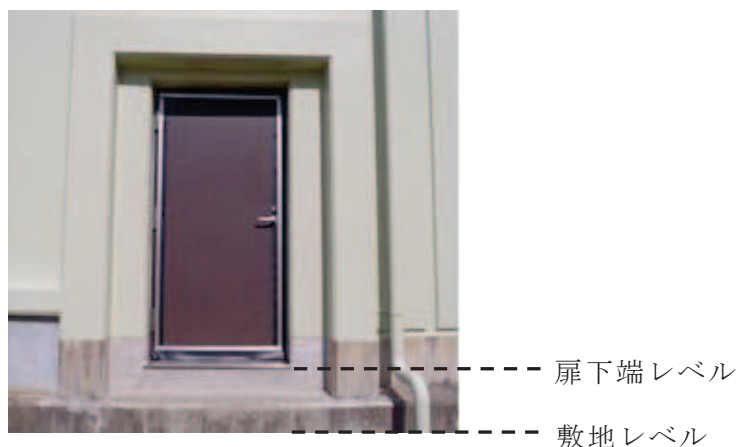
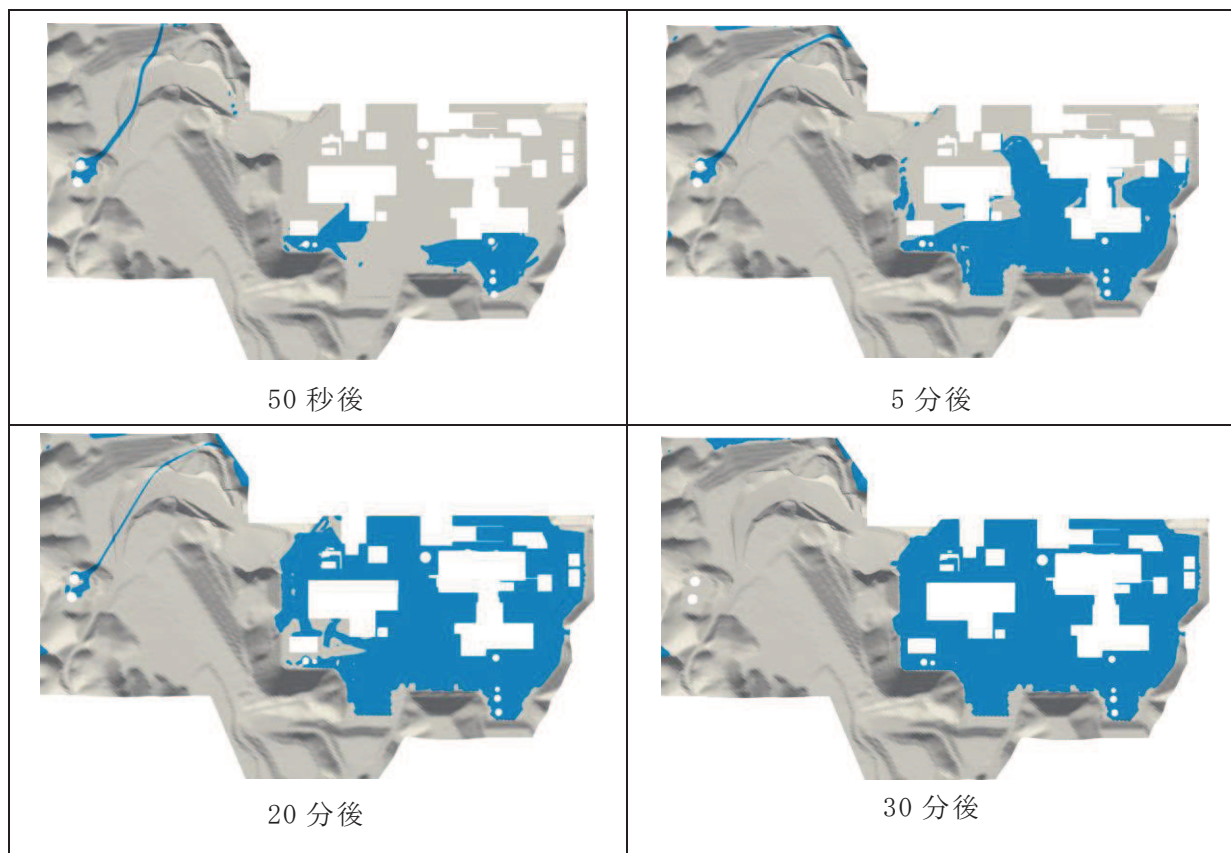


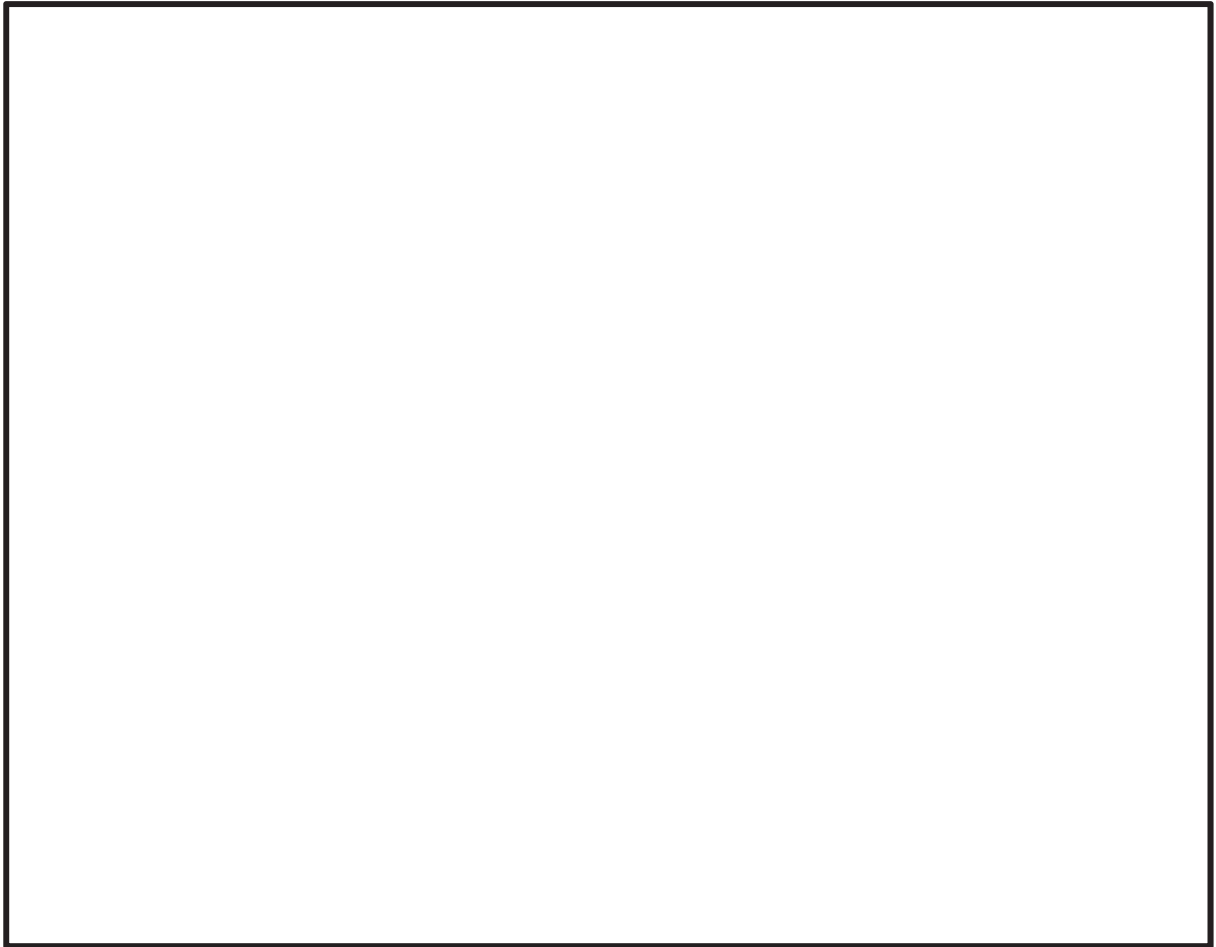
図 8.2-3 建屋外壁扉（代表例）





(浸水範囲は水色)

図 8.2-4 溢水伝播挙動



【水位測定箇所】

- ① 原子炉建屋（大物搬出入口前）
- ② 原子炉建屋（DG(A)室前）
- ③ 原子炉建屋（DG(HPCS)室前）
- ④ 原子炉建屋（DG(B)室前）
- ⑤ 制御建屋
- ⑥ 海水ポンプ室 1
- ⑦ 海水ポンプ室 2
- ⑧ 復水貯蔵タンクエリア
- ⑨ 軽油タンクエリア
- ⑩ タービン建屋（共通通路前）
- ⑪ タービン建屋（大物搬出入口前）
- ⑫ 敷地 1
- ⑬ 敷地 2
- ⑭ 敷地 3

図 8.2-5 水位測定箇所

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

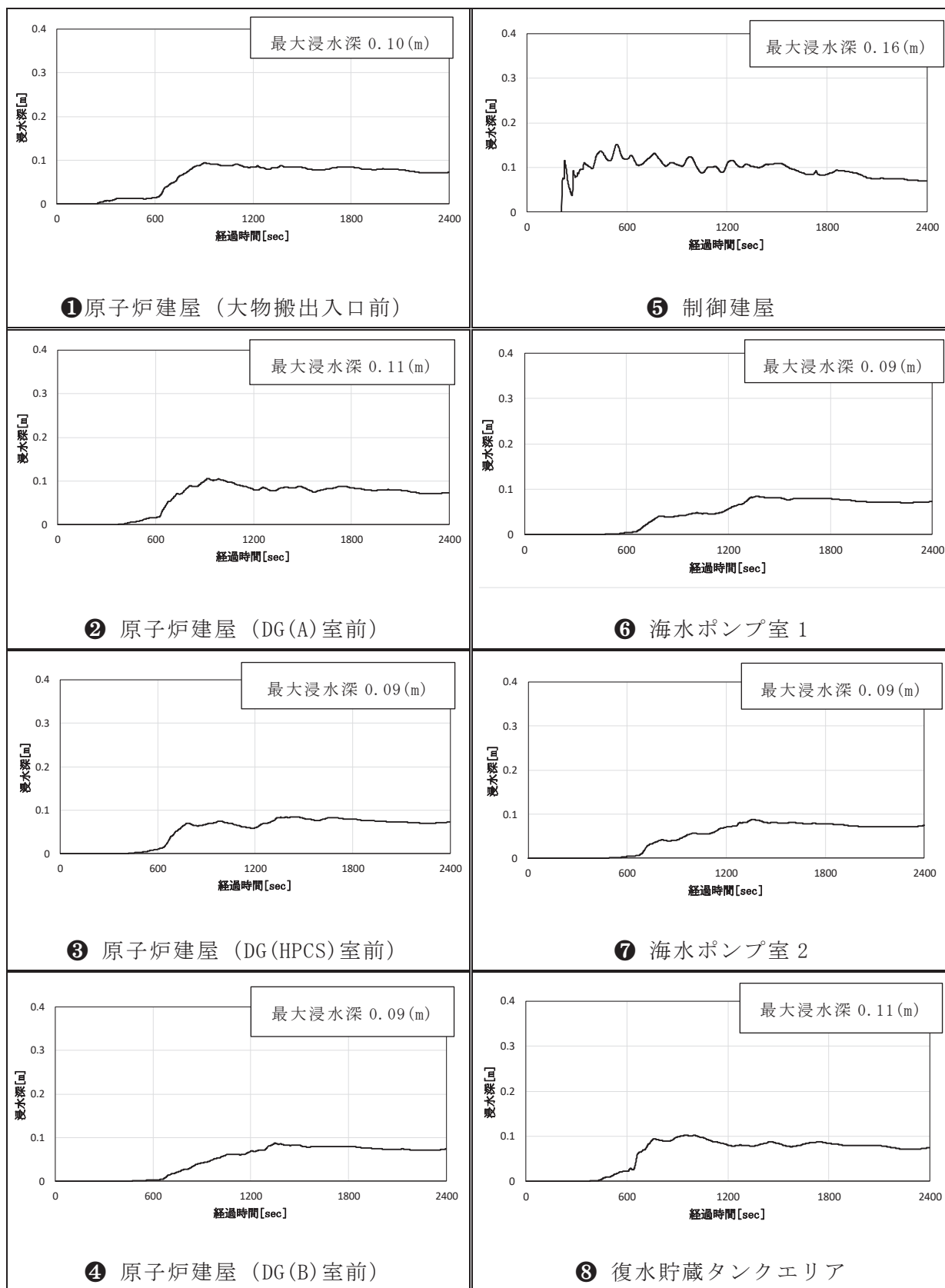


図 8.2-6 水位測定箇所における浸水深(1/2)

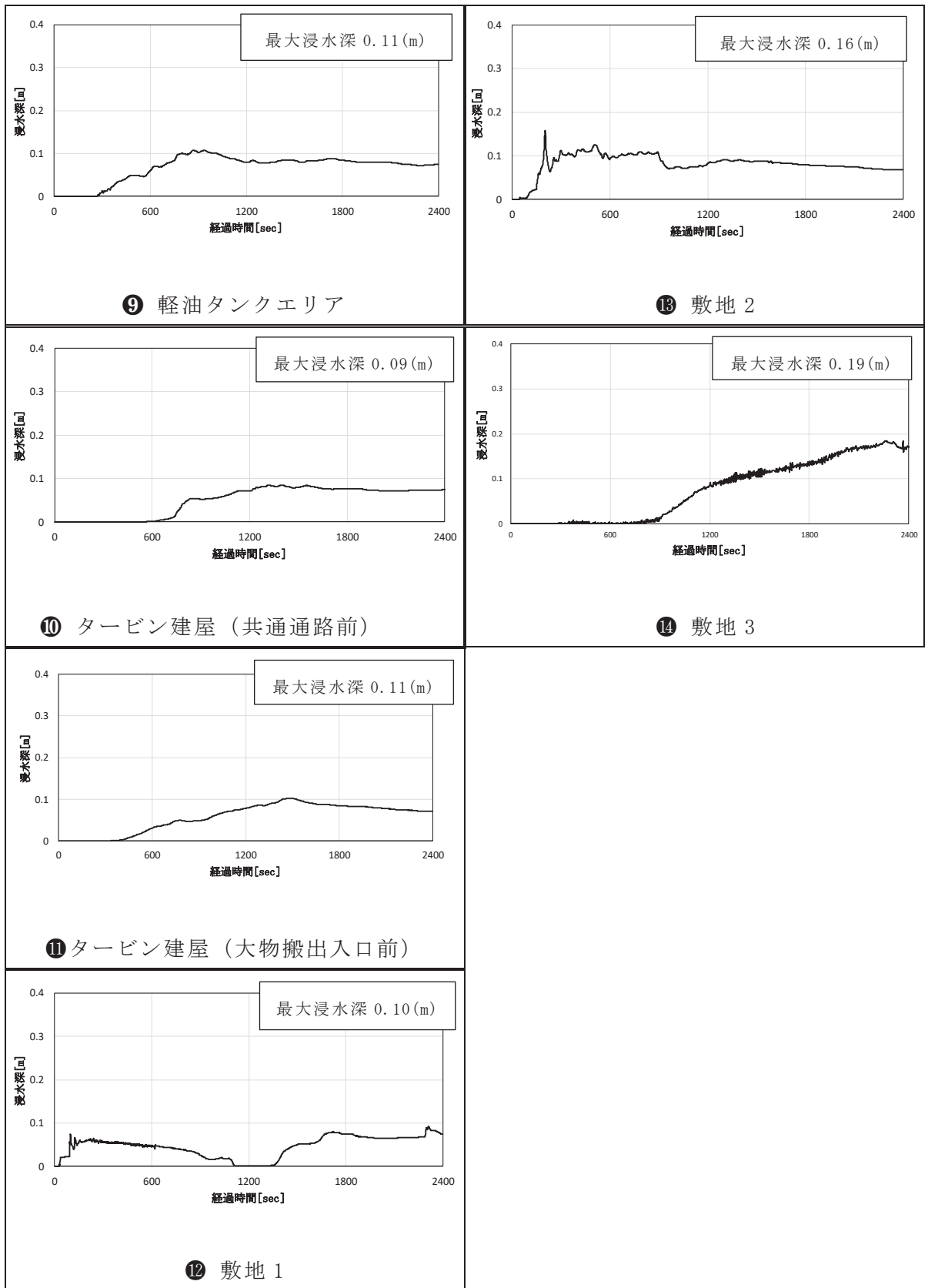


図 8.2-6 水位測定箇所における浸水深 (2/2)

### 8.3 地下水の溢水による影響について

#### 1. 概要

溢水防護区画を構成する原子炉建屋，制御建屋等の外周部の境界は，水密性を持つ壁の配置及び貫通部止水処置を行っている。また，地下水低下設備を設置しており，同設備により各建屋周辺に流入する地下水の流入の防止及び排出を行っている。

貫通部止水処置は，地下水低下設備の停止により建屋周辺の水位が周辺の地下水位まで上昇することを想定し，建屋外周部における壁，扉，堰等により溢水防護区画を内包するエリア内及び建屋内への流入を防止する設計とし，防護すべき設備が要求される機能を損なわない設計としている。

地下水は揚水井戸に集水される設計となっており，集水された地下水は揚水ポンプにより配管を通して屋外排水路に排水される。これらは地下水位低下設備といい，1箇所のサブドレンポンプが故障した場合でも，他のサブドレンポンプにより地下水が適切に排水可能である。また，地震後においても，耐震性を有するサブドレンポンプを設置することから，地震後においても機能を喪失する恐れはない。

以上を踏まえた上で地下水に対する防護方針について以下に示す。

#### 2. 建屋外周部の境界における浸水対策

##### 2.1 溢水防護区画を内包する建屋外部の境界における浸水対策の実施範囲

地下水に対しては，揚水ポンプの故障等により地下水位が地表面まで上昇することを想定し，建屋外周部における壁，扉，堰等により溢水防護区画を内包する建屋内への流入を防止する設計とし，防護すべき設備が安全機能を損なわない設計とする。

##### 2.2 溢水防護区画を内包する建屋等への浸水の可能性がある保守的な評価について

「2.1 溢水防護区画を内包する建屋外部の境界における浸水対策の実施範囲」にて示した対策を実施しているが，地震により建屋の地下部外壁のひび割れ等からの地下水の流入を保守的に考慮し，防護すべき設備に対する影響評価を実施する。

建屋外周部の境界としては，「建屋地下部外壁」及び「地下トレンチ」で構成されるため，それぞれについて以下の評価を実施する。

###### (1) 建屋地下部外壁

建屋地下外壁の評価では，地震応答解析におけるせん断変形が第一折点に収まること，又は第一折点を超える場合は，残留ひび割れを考慮した評価を実施し，ひび割れ幅及びひび割れからの漏水量を算出し，防護すべき設備への影響を評価する。

建屋地下部外壁に対する評価は、「9.9 鉄筋コンクリート壁の水密性について」に記載する。

(2) 地下トレンチ

地下トレンチについては、耐震Sクラス設備の間接支持構造物であり、トレンチは地震により構造を維持する設計である。トレンチと各建屋との接合部には、エキスパンションジョイント、地下トレンチの各ブロック間には、伸縮目地をそれぞれ設置し、地下水の流入を防止している。なお、地震等によるひび割れや目地部からの漏水を考えた場合でも、トレンチ内に設置される配管等の静的機器は、漏水の影響は小さいため、安全機能には影響しない。仮にトレンチ内に地下水が漏水した場合でも、トレンチと接続する建屋外壁は、貫通部止水処置を実施していることから、建屋への地下水の影響はない。

## 8.4 その他漏えい事象に対する確認について

### 1. 概要

その他の漏えい事象に対して、想定される事象を整理するとともに、漏えいの早期検知及び隔離操作により、漏えい水が安全機能に影響を及ぼさない設計となっていることを確認する。

### 2. その他漏えい事象の整理

溢水防護区画内にて発生が想定されるその他漏えい事象について表 8.4-1 に整理する。

表 8.4-1 その他漏えい事象

分類	想定事象	漏えい量
(1) 機器ドレン	・ポンプシールドレン ・空調ドレン（結露水含む） ・サンプルシンクドレン 等	小
(2) 機器の作動 （誤作動含む）	・安全弁作動 ・開放端に繋がる弁の誤開，開固着 等	小～中
(3) 機器損傷 （配管以外）	・開放端に繋がる弁のシートリーク ・弁グランドリーク ・ポンプシールリーク ・フランジリーク 等	小
(4) 人的過誤	・弁誤操作 ・隔離未完機器の誤開放 ・開放点検中設備への誤通水 等	小～大

#### (1) 機器ドレン

通常運転状態において発生するドレンであり、床及び機器ドレンファンネルにより排水可能な設計としている。

#### (2) 機器の作動（誤作動含む）

安全弁の作動は設計上想定されているものであり、二次側は自系統等に直接つながっており、区画内に放出されない設計としている（気体系の安全弁は除く）。

大気開放タンクの補給弁等、開放端に繋がる弁が誤開，開固着した場合には、タンクがオーバーフローする可能性があるが、タンクオーバーフロー管は機器ドレンファンネル等に接続されており、区画内に漏えいしない設計となっている。

### (3) 機器損傷（配管以外）

弁グランドリークについては、一次系弁は、リークオフライン等により系外漏えいに至らないよう設計上の配慮がされている。また、その他のリーク事象については、漏えい量は比較的少なく、床ドレンファンネル等により排水可能な設計としている。

### (4) 人的過誤

事象によっては大量の漏えいが発生する可能性があるが、過去のトラブル事例から、基本的にはプラントが停止している定期検査時に発生しているものであり、人的要因であることから、発生時には早期に隔離等の対処が可能である。

## 3. その他漏えい事象に対する対応方針

表 8.4-1 に整理した事象のうち、(1)～(3)については、基本的に漏えい量が少なく、現在の想定破損による溢水に含まれると考えられる。一方、一部の区画においては想定破損を除外している場合があり、現状の影響評価で含まれず、少量の漏えい量であっても安全機能に影響を及ぼす可能性が考えられるため、図 8.4-1 に示す確認フローにて区画ごとに確認を実施した。確認結果について表 8.4-2 に示す。

なお、(4) 人的過誤については、発生未然防止を図るために、定められた運用、手順を確実に順守すると共に、トラブル事例等を参考に継続的な運用改善を行っていく。

## 4. その他漏えい事象に対する確認結果

表 8.4-2 のとおり、その他漏えい事象の発生が想定される区画については、想定破損による溢水影響評価を実施しており、想定破損による溢水影響評価に含まれることを確認した。したがって、想定破損による溢水影響評価において、漏えい検知器等による検知及び隔離操作が可能であることを確認していることから、その他漏えい事象が発生した場合でも、同様に漏えい検知及び隔離操作が可能である。

なお、各区画における漏えい検知性については確認しており、その他漏えい事象の発生が想定される区画（表 8.4-2 の溢水源有りの区画）についても漏えい検知が可能であることを確認している。



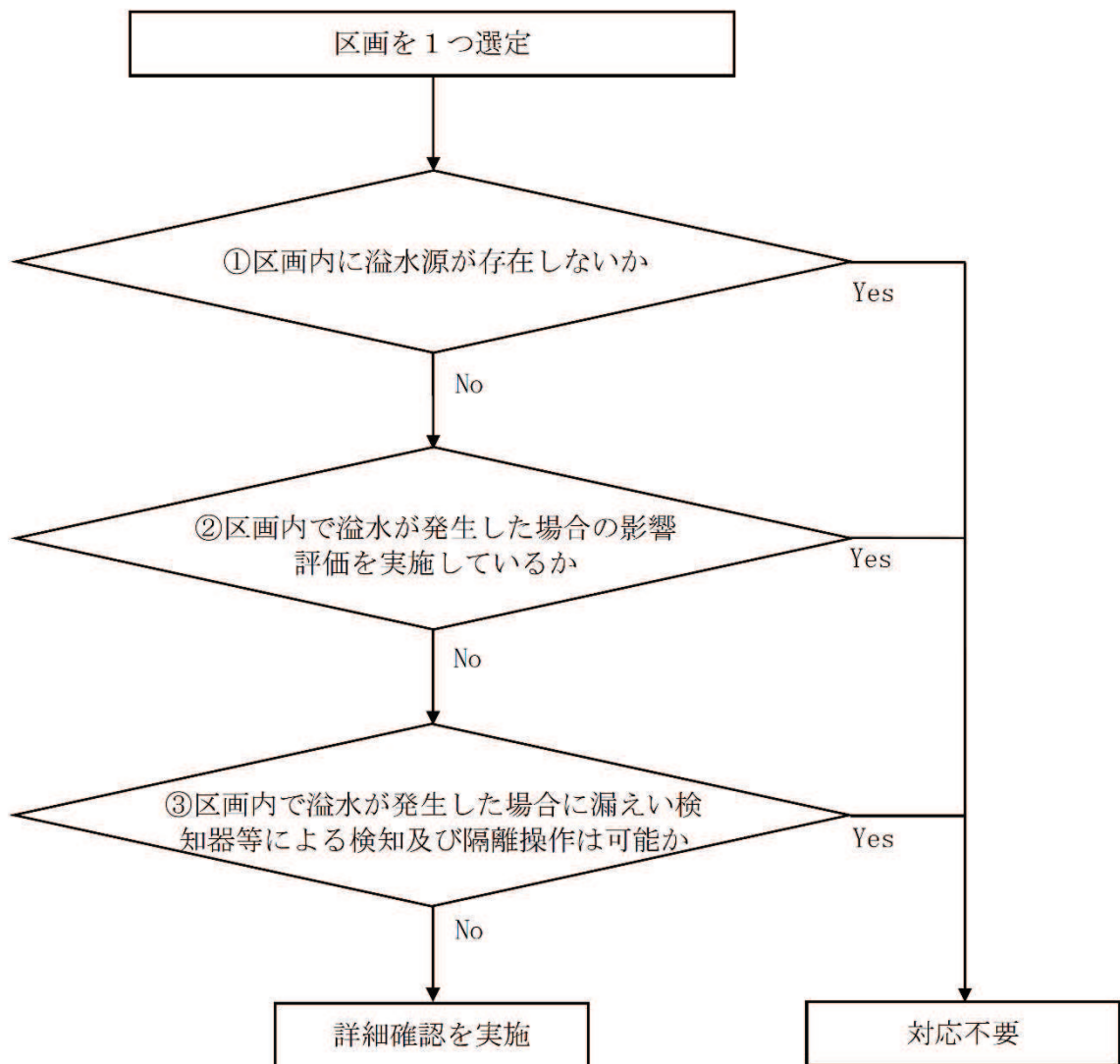


図 8. 4-1 その他漏えい事象に対する対応確認フロー

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (1/6)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
R-B3F-1	有り	済	-	対応不要
R-B3F-2	有り	済	-	対応不要
R-B3F-3	有り	済	-	対応不要
R-B3F-4	有り	済	-	対応不要
R-B3F-5	有り	済	-	対応不要
R-B3F-6	有り	済	-	対応不要
R-B3F-7	有り	済	-	対応不要
R-B3F-8	有り	済	-	対応不要
R-B3F-9	有り	済	-	対応不要
R-B3F-10	有り	済	-	対応不要
R-B3F-11	有り	済	-	対応不要
R-B3F-12	有り	済	-	対応不要
R-B3F-13	有り	済	-	対応不要
R-B3F-14	有り	済	-	対応不要
R-B3F-15	有り	済	-	対応不要
R-B2F-1	有り	済	-	対応不要
R-B2F-2	有り	済	-	対応不要
R-B2F-3	有り	済	-	対応不要
R-B2F-4	有り	済	-	対応不要
R-B2F-5	有り	済	-	対応不要
R-B2F-6	有り	済	-	対応不要
R-B2F-6-1	有り	済	-	対応不要
R-B2F-6-2	有り	済	-	対応不要
R-B2F-7	有り	済	-	対応不要
R-B2F-8	有り	済	-	対応不要
R-B2F-9	有り	済	-	対応不要
R-B2F-10	有り	済	-	対応不要
R-B1F-1	有り	済	-	対応不要
R-B1F-2	有り	済	-	対応不要
R-B1F-3	有り	済	-	対応不要
R-B1F-3-1	無し	-	-	対応不要
R-B1F-3-2	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (2/6)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
R-B1F-3-3	無し	-	-	対応不要
R-B1F-4	無し	-	-	対応不要
R-B1F-5	有り	済	-	対応不要
R-B1F-6	無し	-	-	対応不要
R-B1F-7	有り	済	-	対応不要
R-B1F-8	有り	済	-	対応不要
R-B1F-9	無し	-	-	対応不要
R-B1F-10	無し	-	-	対応不要
R-B1F-11	有り	済	-	対応不要
R-B1F-12	無し	-	-	対応不要
R-B1F-13	有り	済	-	対応不要
R-B1F-14	有り	済	-	対応不要
R-MB1F-1	有り	済	-	対応不要
R-MB1F-2	有り	済	-	対応不要
R-MB1F-3	有り	済	-	対応不要
R-MB1F-4	有り	済	-	対応不要
R-1F-1	有り	済	-	対応不要
R-1F-2	有り	済	-	対応不要
R-1F-3	有り	済	-	対応不要
R-1F-4	有り	済	-	対応不要
R-1F-5	有り	済	-	対応不要
R-1F-6	有り	済	-	対応不要
R-1F-7	有り	済	-	対応不要
R-1F-7-1	有り	済	-	対応不要
R-1F-8	有り	済	-	対応不要
R-1F-9	有り	済	-	対応不要
R-1F-10	有り	済	-	対応不要
R-1F-11	有り	済	-	対応不要
R-1F-12	有り	済	-	対応不要
R-1F-13	有り	済	-	対応不要
R-1F-13-1	有り	済	-	対応不要
R-1F-14	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (3/6)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
R-1F-15	有り	済	-	対応不要
R-1F-15-1	有り	済	-	対応不要
R-1F-16	有り	済	-	対応不要
R-1F-16-1	無し	-	-	対応不要
R-1F-17	有り	済	-	対応不要
R-M2F-1	有り	済	-	対応不要
R-M2F-2	有り	済	-	対応不要
R-M2F-3	有り	済	-	対応不要
R-M2F-5	有り	済	-	対応不要
R-M2F-6	有り	済	-	対応不要
R-M2F-7	無し	-	-	対応不要
R-M2F-8	有り	済	-	対応不要
R-M2F-9	有り	済	-	対応不要
R-2F-1-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-1-2	有り	済	-	対応不要
R-2F-1-3	有り	済	-	対応不要
R-2F-2	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-2	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-3	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-4	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-5	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-6	有り	済	-	対応不要
R-2F-3	有り	済	-	対応不要
R-2F-3-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-4	有り	済	-	対応不要
R-2F-5	有り	済	-	対応不要
R-2F-6	有り	済	-	対応不要
R-2F-6-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-6-2	無し	-	-	対応不要
R-2F-7	有り	済	-	対応不要
R-2F-7-1	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (4/6)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
R-2F-8	有り	済	-	対応不要
R-2F-8-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-8-2	無し	-	-	対応不要
R-2F-9	有り	済	-	対応不要
R-2F-11	有り	済	-	対応不要
R-2F-12-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-13-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-14-1	無し	-	-	対応不要
R-2F-15-1	無し	-	-	対応不要
R-2F-16-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-17	有り	済	-	対応不要
R-2F-18	有り	済	-	対応不要
R-2F-19	有り	済	-	対応不要
R-M3F-3-1	有り	済	-	対応不要
R-3F-1	有り	済	-	対応不要
R-3F-3-1	無し	-	-	対応不要
R-3F-3-2	無し	-	-	対応不要
R-3F-2	無し	-	-	対応不要
R-3F-4	無し	-	-	対応不要
R-3F-5	無し	-	-	対応不要
R-3F-7	有り	済	-	対応不要
C-B2F-1	有り	済	-	対応不要
C-B2F-2	有り	済	-	対応不要
C-B2F-3	有り	済	-	対応不要
C-B2F-4	有り	済	-	対応不要
C-B2F-5	無し	-	-	対応不要
C-B2F-6	有り	済	-	対応不要
C-MB2F-1	有り	済	-	対応不要
C-B1F-1	有り	済	-	対応不要
C-B1F-2	有り	済	-	対応不要
C-B1F-3	有り	済	-	対応不要
C-B1F-4	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (5/6)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
C-B1F-5	無し	-	-	対応不要
C-B1F-6-1	無し	-	-	対応不要
C-B1F-7	無し	-	-	対応不要
C-B1F-8	有り	済	-	対応不要
C-B1F-9	有り	済	-	対応不要
C-MB1F-1	有り	済	-	対応不要
C-1F-1	有り	済	-	対応不要
C-1F-2	有り	済	-	対応不要
C-1F-3	有り	済	-	対応不要
C-1F-4	有り	済	-	対応不要
C-2F-1	無し	-	-	対応不要
C-2F-2	無し	-	-	対応不要
C-2F-3	有り	済	-	対応不要
C-2F-4	無し	-	-	対応不要
C-2F-5	無し	-	-	対応不要
C-3F-1	無し	-	-	対応不要
C-3F-2	無し	-	-	対応不要
C-3F-3	有り	済	-	対応不要
C-3F-4	有り	済	-	対応不要
T-2F-1	有り	済	-	対応不要
T-1F-1	有り	済	-	対応不要
T-1F-2	有り	済	-	対応不要
T-1F-3	有り	済	-	対応不要
T-B1F-1	有り	済	-	対応不要
T-B1F-2	有り	済	-	対応不要
T-B1F-3	有り	済	-	対応不要
T-B2F-1	有り	済	-	対応不要
T-B2F-2	有り	済	-	対応不要
SW-1F-1	有り	済	-	対応不要
SW-1F-2	有り	済	-	対応不要
SW-1F-3	有り	済	-	対応不要
SW-1F-4	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (6/6)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
SW-1F-5	有り	済	-	対応不要
CST エリア	有り	済	-	対応不要
LOT-1	有り	済	-	対応不要
LOT-2	有り	済	-	対応不要
LOT-3	有り	済	-	対応不要
Rw-1F-2-1	無し	-	-	対応不要
Rw-1F-2-2	無し	-	-	対応不要
Rw-1F-2-3	無し	-	-	対応不要
Rw-1F-2-4	有り	済	-	対応不要

## 9.1 溢水防護区画毎における機能喪失高さについて

### 1. 概要

本資料は、防護すべき設備の機能喪失高さを溢水防護区画ごとで整理したものである。

原子炉建屋について整理した結果を表 9.1-1, 制御建屋について整理した結果を表 9.1-2, 海水ポンプ室について整理した結果を表 9.1-3, 復水貯蔵タンクエリアについて整理した結果を表 9.1-4, 軽油タンクエリアについて整理した結果を表 9.1-5, タービン建屋について整理した結果を表 9.1-6, 緊急用電気品建屋について整理した結果を表 9.1-7, 緊急時対策建屋について整理した結果を表 9.1-8 及び屋外について整理した結果を表 9.1-9 にそれぞれ示す。

なお, 表 9.1-1, 表 9.1-2, 表 9.1-3, 表 9.1-4, 表 9.1-5, 表 9.1-6, 表 9.1-7 及び表 9.1-8 において朱記の値は, 溢水防護区画内で最も低い機能喪失高さを有する機器を示している。

なお, 溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備のうち, 溢水影響により機能を喪失しない設備(アクセスが必要な設備として抽出された設備又は他の設備で代替できることを確認するために抽出された設備)については, “-” を記載する。



表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（1/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-3F-1	DB	-	原子炉建屋外気間差圧(北側) (T46-dPT014A)	1.230	0.31
R-3F-1	DB	-	原子炉建屋外気間差圧(西側) (T46-dPT014B)	1.230	0.31
R-3F-1	DB	-	原子炉建屋外気間差圧(東側) (T46-dPT014D)	3.430	0.31
R-3F-1	DB	-	SGTS トレイン出口流量 (T46-FT001A)	1.245	0.31
R-3F-1	DB	-	SGTS トレイン出口流量 (T46-FT001B)	1.250	0.31
R-3F-1	DB	-	燃料プール状態表示盤 (H21-P577)	1.045	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011A)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011C)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011E)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (B) 水位 (P42-LT011B)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (B) 水位 (P42-LT011D)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (B) 水位 (P42-LT011F)	0.400	0.31
R-3F-1	SA	常設	使用済燃料プール監視カメラ (G41-ITV001)	6.390	0.31
R-3F-1	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ (A) 水素 濃度検出器 (T71-H2E101A)	16.595	0.31
R-3F-1	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ (B) 水素 濃度検出器 (T71-H2E101B)	16.595	0.31

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（2/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D001) 用入口温度 (T71-TE001)	1.735	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D001) 用出口温度 (T71-TE002)	2.599	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D008) 用入口温度 (T71-TE003)	0.315	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D008) 用出口温度 (T71-TE004)	1.210	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D012) 用入口温度 (T71-TE005)	8.450	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D012) 用出口温度 (T71-TE006)	9.310	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D019) 用入口温度 (T71-TE007)	8.450	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D019) 用出口温度 (T71-TE008)	9.310	0.31
R-3F-1	SA	常設	使用済燃料プール上部空間放射線 モニタ (低線量) (D21-RE043)	0.325	0.31
R-3F-1	SA	常設	使用済燃料プール上部空間放射線 モニタ (高線量) (D21-RE044)	0.635	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D001~T71-D019)	0.555	0.31
R-3F-2	DB	-	D/G(A)室非常用給気ケーシング (-)	0.000	0.00
R-3F-3-2	DB	-	原子炉建屋外気間差圧 (南側) (T46-dPT014C)	1.230	1.23
R-3F-4	DB	-	D/G(HPCS)室非常用給気ケーシ ング (-)	0.000	0.00
R-3F-5	DB	-	D/G(B)室非常用給気ケーシ ング (-)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（3/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-1-1	DB	-	非常用ガス処理系フィルタ装置 (T46-D002)	0.135	0.13
R-2F-1-1	DB	-	非常用ガス処理系フィルタ装置出 口弁(A) (T46-F003A)	1.495	0.13
R-2F-1-1	DB	-	非常用ガス処理系フィルタ装置出 口弁(B) (T46-F003B)	1.475	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ入口温度(A) (T46-TE006A)	1.275	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ入口温度(B) (T46-TE006B)	1.295	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ入口温度(A) (T46-TE008A)	1.975	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ入口温度(B) (T46-TE008B)	1.955	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ温度(A) (T46-TE009A)	0.195	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ温度(B) (T46-TE009B)	0.195	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ出口温度(A) (T46-TE011A)	1.295	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ出口温度(B) (T46-TE011B)	1.285	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ出口温度(A) (T46-TE012A)	1.975	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ出口温度(B) (T46-TE012B)	1.995	0.13
R-2F-1-1	SA	常設	非常用ガス処理系フィルタ装置 (T46-D002)	0.135	0.13
R-2F-1-1	SA	常設	原子炉格納容器耐圧強化ベント用 連絡配管隔離弁 (T48-F043)	0.830	0.13

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（4/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-1-1	SA	常設	原子炉格納容器耐圧強化ベント用 連絡配管止め弁 (T48-F044)	0.945	0.13
R-2F-1-2	DB	-	非常用ガス処理系排風機 (A) (T46-C001A)	0.660	0.09
R-2F-1-2	DB	-	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (A) (T46-D001A)	0.140	0.09
R-2F-1-2	DB	-	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (A) 入口弁 (T46-F002A)	1.445	0.09
R-2F-1-2	DB	-	空気乾燥装置 (A) 電気ヒータ入口 温度 (T46-TE003A)	1.855	0.09
R-2F-1-2	DB	-	SGTS 室空調機 (A) (V10-D114A)	0.095	0.09
R-2F-1-2	SA	常設	非常用ガス処理系排風機 (A) (T46-C001A)	0.660	0.09
R-2F-1-2	SA	常設	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (A) (T46-D001A)	0.140	0.09
R-2F-1-3	DB	-	非常用ガス処理系排風機 (B) (T46-C001B)	0.665	0.10
R-2F-1-3	DB	-	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (B) (T46-D001B)	0.145	0.10
R-2F-1-3	DB	-	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (B) 入口弁 (T46-F002B)	1.445	0.10
R-2F-1-3	DB	-	空気乾燥装置 (B) 電気ヒータ入口 温度 (T46-TE003B)	1.845	0.10
R-2F-1-3	DB	-	SGTS 室空調機 (B) (V10-D114B)	0.105	0.10
R-2F-1-3	SA	常設	非常用ガス処理系排風機 (B) (T46-C001B)	0.665	0.10
R-2F-1-3	SA	常設	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (B) (T46-D001B)	0.145	0.10

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（5/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2	SA	常設	フィルタ装置出口水素濃度計サン プリングラック (H22-P384)	0.145	0.00
R-2F-2	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2G (R47-P752)	0.000	0.00
R-2F-2-2	DB	-	FCS 除湿ヒータ (A) 用変圧器 (R47-TR008)	0.075	0.07
R-2F-2-2	DB	-	可燃性ガス濃度制御系再結合装置 加熱器 (A) (電気ヒータ) (T49-B002A)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	可燃性ガス濃度制御系再結合装置 ブロワ (A) (T49-C001A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS A 系冷却水入口弁 (T49-F006A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS A 系入口流量調節弁 (T49-FCV-F002A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS A 系再循環流量調節弁 (T49-FCV-F004A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS (A) 入口ガス流量 (T49-FT002A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS ブロワ (A) 入口流量 (T49-FT004A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS ブロワ (A) 入口圧力 (T49-PT003A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS ブロワ (A) 入口温度 (T49-TE005A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 内ガス温度 (T49-TE006A-1)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 内ガス温度 (T49-TE006A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 出口ガス温度 (T49-TE007A-1)	0.145	0.07

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（6/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 出口ガス温度 (T49-TE007A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 表面温度 (T49-TE008A-1)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 表面温度 (T49-TE008A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 再結合器 (A) 表面温度 (T49-TE010A-1)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 再結合器 (A) 表面温度 (T49-TE010A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 冷却器 (A) 出口ガス温度 (T49-TE011A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 再結合器 (A) 内ガス温度 (T49-TE009A-1)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 再結合器 (A) 内ガス温度 (T49-TE009A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS (A) 室空調機 (V10-D110)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 除湿ヒータ (B) 用変圧器 (R47-TR009)	0.075	0.07
R-2F-2-3	DB	-	可燃性ガス濃度制御系再結合装置 加熱器 (B) (電気ヒータ) (T49-B002B)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	可燃性ガス濃度制御系再結合装置 ブロワ (B) (T49-C001B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS B 系冷却水入口弁 (T49-F006B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS B 系入口流量調節弁 (T49-FCV-F002B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS B 系再循環流量調節弁 (T49-FCV-F004B)	0.105	0.07

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（7/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2-3	DB	-	FCS (B) 入口ガス流量 (T49-FT002B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS ブロワ (B) 入口流量 (T49-FT004B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS ブロワ (B) 入口圧力 (T49-PT003B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS ブロワ (B) 入口温度 (T49-TE005B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 内ガス温度 (T49-TE006B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 内ガス温度 (T49-TE006B-2)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 出口ガス温度 (T49-TE007B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 出口ガス温度 (T49-TE007B-2)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 表面温度 (T49-TE008B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 表面温度 (T49-TE008B-2)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 再結合器 (B) 表面温度 (T49-TE010B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 再結合器 (B) 表面温度 (T49-TE010B-2)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 冷却器 (B) 出口ガス温度 (T49-TE011B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 再結合器 (B) 内ガス温度 (T49-TE009B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 再結合器 (B) 内ガス温度 (T49-TE009B-2)	0.145	0.07

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（8/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2-3	DB	-	FCS(B)室空調機 (V10-D111)	0.105	0.07
R-2F-2-4	DB	-	ドライウエル圧力 (T48-PT017)	0.590	0.59
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(サンプル切替弁) (D23-F001A)	0.495	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(サンプル切替弁) (D23-F002A)	1.605	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(サンプル切替弁) (D23-F003A)	1.635	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(サンプル切替弁) (D23-F004A)	0.505	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(バイパス 弁)) (D23-F011)	2.035	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(入口止め 弁)) (D23-F012)	2.185	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(入口止め 弁)) (D23-F013)	2.205	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(戻り止め 弁)) (D23-F014)	2.495	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(戻り止め 弁)) (D23-F015)	2.495	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.040	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS サンプリングラック(A) (H22-P382A)	0.000	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 校正ラック(A) (H22-P383A)	0.000	0.00
R-2F-2-5	DB	-	ドレンポットサポート (D23-D002A)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮



表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（9/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2-5	DB	-	冷却器 (D23-B001A)	0.000	0.00
R-2F-2-5	DB	-	除湿器 (D23-B002A-1)	0.000	0.00
R-2F-2-5	SA	常設	格納容器内雰囲気モニタサンプリ ングラック (A) (H22-P382A)	0.085	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 電磁弁 (サンプル切替弁) (D23-F001B)	1.565	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 電磁弁 (サンプル切替弁) (D23-F002B)	0.455	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 電磁弁 (サンプル切替弁) (D23-F003B)	1.565	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 電磁弁 (サンプル切替弁) (D23-F004B)	0.455	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 配管ヒータ (B) (D23-HB1, HB2)	0.045	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS サンプリングラック (B) (H22-P382B)	0.000	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 校正ラック (B) (H22-P383B)	0.000	0.00
R-2F-2-6	DB	-	ドレンポットサポート (D23-D002B)	0.000	0.00
R-2F-2-6	DB	-	冷却器 (D23-B001B)	0.000	0.00
R-2F-2-6	DB	-	除湿器 (D23-B002B-1)	0.000	0.00
R-2F-2-6	SA	常設	格納容器内雰囲気モニタサンプリ ングラック (B) (H22-P382B)	0.085	0.00
R-2F-3	DB	-	ドライウエル圧力 (T48-PT014)	1.795	0.400

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（10/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-3	DB	-	スキマサージタンク水位 (G41-LT019)	0.995	0.400
R-2F-3	DB	-	CAMS (A) 室空調機 (V10-D112)	0.400	0.400
R-2F-3	DB	-	CAMS (B) 室空調機 (V10-D113)	0.400	0.400
R-2F-3	DB	-	RCW サージタンク (A) 降水管水位 レベルスイッチ (P42-LS012A)	2.325	0.400
R-2F-3	DB	-	RCW サージタンク (B) 降水管水位 レベルスイッチ (P42-LS012B)	2.285	0.400
R-2F-3	DB	-	HPCW サージタンク水位 (P47-LT008)	0.400	0.400
R-2F-3	SA	常設	ドライウェル圧力 (T48-PT034)	2.307	0.400
R-2F-3	SA	常設	原子炉格納容器フィルタベント系 ベントライン隔離弁 (A) (T63-F001)	6.645	0.400
R-2F-3	SA	常設	原子炉格納容器フィルタベント系 ベントライン隔離弁 (B) (T63-F002)	6.657	0.400
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系ポンプ (A) (C41-C001A)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系ポンプ (B) (C41-C001B)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系ポンプ潤滑油ポン プ (A) (C41-C002A)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系ポンプ潤滑油ポン プ (B) (C41-C002B)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC タンク 出口弁 (A) (C41-F001A)	0.655	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC タンク 出口弁 (B) (C41-F001B)	0.645	0.12

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（11/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-3-1	DB	-	SLC 注入電動弁 (A) (C41-F006A)	0.435	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC 注入電動弁 (B) (C41-F006B)	0.440	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC ポンプ (A) 潤滑油圧力スイッ チ (C41-PS011A)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC ポンプ (B) 潤滑油圧力スイッ チ (C41-PS011B)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系 (A) 現場操作箱 (H25-P005)	1.095	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系 (B) 現場操作箱 (H25-P006)	1.095	0.12
R-2F-3-1	SA	常設	ほう酸水注入系ポンプ (A) (C41-C001A)	0.125	0.12
R-2F-3-1	SA	常設	ほう酸水注入系ポンプ (B) (C41-C001B)	0.125	0.12
R-2F-4	DB	-	HECW 冷凍機 (B) 冷却水圧力調節弁 (P42-F036B)	0.715	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷凍機 (D) 冷却水圧力調節弁 (P42-F036D)	0.725	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍 機 (B) 制御盤 ESS- II (H21-P301B)	0.000	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍 機 (D) 制御盤 ESS- II (H21-P301D)	0.000	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷水 ポンプ (B) (P25-C001B)	0.125	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷水 ポンプ (D) (P25-C001D)	0.115	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍 機 (B) (P25-D001B)	0.220	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（12/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(D) (P25-D001D)	0.220	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷水往還差圧(B) (P25-dPT008B)	0.585	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW (B) 往還差圧調節弁 (P25-F014B)	0.425	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷凍機(B) 冷水出口流量 (P25-FIS002B)	0.650	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷凍機(D) 冷水出口流量 (P25-FIS002D)	0.660	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷水還温度(B) (P25-TE005B)	1.175	0.00
R-2F-5	DB	-	CAMS ヒータ制御盤(A) (H21-P384A)	0.000	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷凍機(A) 冷却水圧力調節弁 (P42-F036A)	0.725	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷凍機(C) 冷却水圧力調節弁 (P42-F036C)	0.735	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(A) 制御盤 ESS- I (H21-P301A)	0.000	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(C) 制御盤 ESS- I (H21-P301C)	0.000	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷水ポンプ(A) (P25-C001A)	0.115	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷水ポンプ(C) (P25-C001C)	0.115	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(A) (P25-D001A)	0.220	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(C) (P25-D001C)	0.205	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（13/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-5	DB	-	HECW 冷水往還差圧 (A) (P25-dPT008A)	0.585	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW (A) 往還差圧調節弁 (P25-F014A)	0.395	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷凍機 (A) 冷水出口流量 (P25-FIS002A)	0.645	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷凍機 (C) 冷水出口流量 (P25-FIS002C)	0.650	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷水還温度 (A) (P25-TE005A)	1.175	0.00
R-2F-6	DB	-	原子炉補機 (A) 室送風機 (A) (V11-C001A)	0.120	0.12
R-2F-6	DB	-	原子炉補機 (A) 室送風機 (B) (V11-C001B)	0.120	0.12
R-2F-6	DB	-	原子炉補機 (A) 室給気温度 (V11-TE002)	0.885	0.12
R-2F-6	SA	常設	フィルタ装置出口放射線モニタ (A) (T63-RE009A)	1.275	0.12
R-2F-6	SA	常設	フィルタ装置出口放射線モニタ (B) (T63-RE009B)	1.275	0.12
R-2F-6-1	DB	-	原子炉補機 (A) 室給気ケーシング (-)	0.000	0.00
R-2F-7	DB	-	原子炉補機 (HPCS) 室送風機 (A) (V13-C001A)	0.115	0.11
R-2F-7	DB	-	原子炉補機 (HPCS) 室送風機 (B) (V13-C001B)	0.135	0.11
R-2F-7	DB	-	原子炉補機 (HPCS) 室排風機 (A) (V13-C002A)	0.125	0.11
R-2F-7	DB	-	原子炉補機 (HPCS) 室排風機 (B) (V13-C002B)	0.140	0.11

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（14/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-7	DB	-	原子炉補機(HPCS)室給気温度 (V13-TE002)	0.855	0.11
R-2F-7-1	DB	-	原子炉補機(HPCS)室給気ケーシ ング(-)	0.000	0.00
R-2F-8	DB	-	CAMS ヒータ制御盤(B) (H21-P384B)	0.000	0.00
R-2F-8	DB	-	原子炉補機(B)室送風機(A) (V12-C001A)	0.115	0.00
R-2F-8	DB	-	原子炉補機(B)室送風機(B) (V12-C001B)	0.115	0.00
R-2F-8	DB	-	原子炉補機(B)室給気温度 (V12-TE002)	0.885	0.00
R-2F-8	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2G(R22-P702)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	460V パワーセンタ 4-2G (R23-P702)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PG (R23-P702)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2G-1(R24-P702-1)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2G-2(R24-P702-2)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2G(R24-P705)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	120V 原子炉建屋交流電源切替盤 2G(R47-P701)	0.000	0.00
R-2F-8-1	DB	-	原子炉補機(B)室給気ケーシ ング(-)	0.000	0.00
R-2F-13-1	DB	-	D/G(A)室非常用送風機(A) (V11-C003A)	0.115	0.11

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（15/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-13-1	DB	-	D/G(A)室非常用送風機(B) (V11-C003B)	0.120	0.11
R-2F-13-1	DB	-	D/G(A)室非常用送風機(C) (V11-C003C)	0.115	0.11
R-2F-14-1	DB	-	D/G(HPCS)室非常用送風機(A) (V13-C003A)	0.125	0.12
R-2F-14-1	DB	-	D/G(HPCS)室非常用送風機(B) (V13-C003B)	0.125	0.12
R-2F-15-1	DB	-	D/G(B)室非常用送風機(A) (V12-C003A)	0.120	0.11
R-2F-15-1	DB	-	D/G(B)室非常用送風機(B) (V12-C003B)	0.115	0.11
R-2F-15-1	DB	-	D/G(B)室非常用送風機(C) (V12-C003C)	0.125	0.11
R-2F-17	DB	-	燃料デイトンク油面 (R43-LIS205A)	0.145	0.14
R-2F-18	DB	-	燃料デイトンク油面 (R43-LIS205B)	0.145	0.14
R-2F-19	DB	-	燃料デイトンク油面 (R44-LIS205)	0.145	0.14
R-M2F-3	DB	-	FPC ろ過脱塩装置入口第一弁 (G41-F005A)	0.453	0.40
R-M2F-3	DB	-	FPC ろ過脱塩装置バイパス弁(A) (G41-F020A)	0.400	0.40
R-M2F-3	DB	-	FPC ろ過脱塩装置バイパス弁(B) (G41-F020B)	0.405	0.40
R-M2F-3	DB	-	FPMUW 燃料プール注入弁 (P15-F004)	0.925	0.40
R-M2F-5	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(計装ペネトレー ション室)(T71-H2E204)	0.945	0.94

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（16/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-M2F-7	DB	-	原子炉補機(A)室排風機(A) (V11-C002A)	0.125	0.12
R-M2F-7	DB	-	原子炉補機(A)室排風機(B) (V11-C002B)	0.140	0.12
R-M2F-8	DB	-	125V 蓄電池 2H (-)	0.000	0.00
R-M2F-8	SA	常設	125V 蓄電池 2H (-)	0.000	0.00
R-M2F-9	DB	-	原子炉補機(B)室排風機(A) (V12-C002A)	0.125	0.12
R-M2F-9	DB	-	原子炉補機(B)室排風機(B) (V12-C002B)	0.125	0.12
R-1F-1	DB	-	RHR 熱交換器(A)バイパス弁 (E11-F003A)	0.595	0.58
R-1F-1	DB	-	RHR 熱交換器(A)出口弁 (E11-F008A)	0.585	0.58
R-1F-1	DB	-	RHR 熱交換器(A)冷却水出口弁 (P42-F013A)	0.665	0.58
R-1F-1	SA	常設	RHR 熱交換器(A)出口温度 (E11-TE007A)	0.800	0.58
R-1F-1	SA	常設	RHR 熱交換器(A)入口温度 (E11-TE010A)	2.155	0.58
R-1F-2	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	2.165	0.94
R-1F-2	DB	-	CAMS S/C サンプルガス温度(B) (D23-TE019B)	2.161	0.94
R-1F-2	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(バルブラッピング 室) (T71-H2E201)	0.945	0.94
R-1F-3	DB	-	燃料プール冷却浄化系ポンプ(A) (G41-C001A)	0.115	0.10

注記\*1：水上高さを考慮



表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（17/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-3	DB	-	燃料プール冷却浄化系ポンプ(B) (G41-C001B)	0.115	0.10
R-1F-3	DB	-	FPC ポンプ(A) 室空調機 (V10-D108)	0.105	0.10
R-1F-3	DB	-	FPC ポンプ(B) 室空調機 (V10-D109)	0.115	0.10
R-1F-3	SA	常設	燃料プール冷却浄化系ポンプ(A) (G41-C001A)	0.115	0.10
R-1F-3	SA	常設	燃料プール冷却浄化系ポンプ(B) (G41-C001B)	0.115	0.10
R-1F-5	DB	-	FCS A系入口隔離弁 (T49-F001A)	5.445	0.24
R-1F-5	DB	-	原子炉圧力(A) (B21-PT051A)	0.610	0.24
R-1F-5	DB	-	原子炉圧力(B) (B21-PT051B)	0.615	0.24
R-1F-5	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	0.400	0.24
R-1F-5	DB	-	HPCW サージタンク 降水管水位レ ベルスイッチ (P47-LS009)	4.070	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045A)	0.575	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045B)	0.575	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045C)	0.570	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045D)	0.570	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(A) (B21-PT051A)	0.610	0.24

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（18/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(B) (B21-PT051B)	0.615	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(SA) (B21-PT060A)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(SA) (B21-PT060B)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	RHR B系格納容器冷却ライン洗 浄流量(E11-FT017B)	0.245	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉格納容器代替スプレイ流量 (E11-FT018A)	0.945	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉格納容器代替スプレイ流量 (E11-FT018B)	0.495	0.24
R-1F-5	SA	常設	HPIN ADS(A)入口圧力 (P54-PT007A)	1.080	0.24
R-1F-5	SA	常設	HPIN ADS(B)入口圧力 (P54-PT007B)	1.065	0.24
R-1F-5	SA	常設	フィルタ装置出口圧力(広帯域) (T63-PT006)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	フィルタ装置(A)水温度 (T63-TE011A)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	フィルタ装置(B)水温度 (T63-TE011B)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	フィルタ装置(C)水温度 (T63-TE011C)	0.500	0.24
R-1F-7	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(パーソナルエア ロック前室)(T71-H2E202)	0.945	0.94
R-1F-7-1	DB	-	FCS B系入口隔離弁 (T49-F001B)	5.644	5.64
R-1F-8	DB	-	RHR B系格納容器スプレイ流量調 整弁(E11-F009B)	4.195	2.66

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（19/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-8	DB	-	RHR B系格納容器スプレイ隔離弁 (E11-F010B)	4.195	2.66
R-1F-8	DB	-	FCS B系冷却水止め弁 (T49-F005B)	4.295	2.66
R-1F-8	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	2.945	2.66
R-1F-8	DB	-	CAMS D/W サンプルガス温度(B) (D23-TE013B)	3.235	2.66
R-1F-8	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)D/W サンプル入口隔離弁 (T48-S0-F737)	3.238	2.66
R-1F-8	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)D/W サンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F738)	3.404	2.66
R-1F-8	SA	常設	ドライウェルベント用出口隔離弁 (T48-F019)	2.663	2.66
R-1F-9	DB	-	RHR A系格納容器スプレイ流量調 整弁(E11-F009A)	4.191	0.00
R-1F-9	DB	-	RHR A系格納容器スプレイ隔離弁 (E11-F010A)	4.191	0.00
R-1F-9	DB	-	RCIC タービン入口蒸気ライン第 二隔離弁(E51-F008)	1.165	0.00
R-1F-9	DB	-	FCS A系冷却水止め弁 (T49-F005A)	0.880	0.00
R-1F-9	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.000	0.00
R-1F-9	DB	-	CAMS D/W サンプルガス温度(A) (D23-TE013A)	3.918	0.00
R-1F-9	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)D/W サンプル入口隔離弁 (T48-S0-F733)	3.244	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（20/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-9	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)D/W サンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F734)	3.036	0.00
R-1F-9	SA	常設	RCIC タービン入口蒸気ライン第 二隔離弁(E51-F008)	1.165	0.00
R-1F-11	DB	-	RHR 熱交換器(B)バイパス弁 (E11-F003B)	0.625	0.59
R-1F-11	DB	-	RHR 熱交換器(B)出口弁 (E11-F008B)	0.595	0.59
R-1F-11	DB	-	RHR 熱交換器(B)冷却水出口弁 (P42-F013B)	0.695	0.59
R-1F-11	SA	常設	RHR 熱交換器(B)出口温度 (E11-TE007B)	0.800	0.59
R-1F-11	SA	常設	RHR 熱交換器(B)入口温度 (E11-TE010B)	2.155	0.59
R-1F-13	DB	-	D/G(A)室温度 (V11-TIS004)	1.035	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A)室温度 (V11-TIS005)	1.035	0.10
R-1F-13	DB	-	非常用ディーゼル発電機(A) (R43-C001A)	0.115	0.10
R-1F-13	DB	-	非常用ディーゼル機関(A) (R43-C002A)	0.755	0.10
R-1F-13	DB	-	機関付動弁注油電動ポンプ(A) (R43-C101A)	0.820	0.10
R-1F-13	DB	-	機関付動弁注油ポンプ(A)出口圧 カススイッチ(R43-PIS117A)	1.655	0.10
R-1F-13	DB	-	機関過速度(A)ポジションスイッ チ(R43-PoS259A)	0.820	0.10
R-1F-13	DB	-	燃料ハンドル停止位置(A)ポジシ ョンスイッチ(R43-PoS261A)	0.820	0.10

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（21/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-13	DB	-	機関付清水ポンプ(A) 出口圧カス イッチ (R43-PS053A-1)	1.655	0.10
R-1F-13	DB	-	機関付清水ポンプ(A) 出口圧カス イッチ (R43-PS053A-2)	1.655	0.10
R-1F-13	DB	-	機関(A) 入口潤滑油圧カスイッチ (R43-PS107A-1)	1.055	0.10
R-1F-13	DB	-	機関(A) 入口潤滑油圧カスイッチ (R43-PS107A-2)	1.055	0.10
R-1F-13	DB	-	非常用 D/G(A) 速度検出器 (R43-SE345A)	0.105	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A) 第一始動弁 (R43-S0-F308A)	0.725	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A) 第二始動弁 (R43-S0-F311A)	0.725	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A) 第一停止弁 (R43-S0-F317AX)	0.215	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A) 第二停止弁 (R43-S0-F317AY)	0.215	0.10
R-1F-13	DB	-	機関(A) 出口ディーゼル冷却水温 度スイッチ (R43-TS055A)	1.655	0.10
R-1F-13	DB	-	潤滑油プライミングポンプ(A) 入 口温度スイッチ (R43-TS111A)	1.655	0.10
R-1F-13	SA	常設	フィルタ装置入口圧力 (広帯域) (T63-PT003)	4.378	0.10
R-1F-13	SA	常設	非常用ディーゼル発電機(A) (R43-C001A)	0.115	0.10
R-1F-13	SA	常設	非常用ディーゼル機関(A) (R43-C002A)	0.755	0.10
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A シリ コン整流器盤 (H21-P270A)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（22/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A 界磁調整器盤 (H21-P271A)	0.000	0.00
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A 自動電圧調整器盤 (H21-P272A)	0.000	0.00
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A 補機制御盤 (H21-P273A)	0.000	0.00
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A 制御盤 (H21-P274A)	0.000	0.00
R-1F-13-1	SA	常設	非常用ディーゼル発電機 2A 制御盤 (H21-P274A)	0.000	0.00
R-1F-14	SA	常設	代替 HPIN 窒素ガス供給止め弁 (A) 入口圧力 (P54-PT101A)	0.500	0.50
R-1F-15	DB	-	D/G(HPCS)室温度 (V13-TIS004)	1.035	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCW 差圧スイッチ (1) (P47-dPS023-1)	2.455	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCW 差圧スイッチ (2) (P47-dPS023-2)	2.455	0.14
R-1F-15	DB	-	清水加熱器 (R44-B002)	0.925	0.14
R-1F-15	DB	-	潤滑油加熱器 (R44-B101)	0.940	0.14
R-1F-15	DB	-	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機 (R44-C001)	1.245	0.14
R-1F-15	DB	-	高圧炉心スプレイ系ディーゼル機関 (R44-C002)	0.965	0.14
R-1F-15	DB	-	清水加熱器ポンプ (R44-C003)	0.925	0.14
R-1F-15	DB	-	潤滑油プライミングポンプ (R44-C100)	0.940	0.14

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（23/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-15	DB	-	潤滑油補給ポンプ (R44-C104)	0.370	0.14
R-1F-15	DB	-	オイルパン油面スイッチ (R44-LIS101)	0.975	0.14
R-1F-15	DB	-	潤滑油補給タンク油面スイッチ (R44-LIS120)	0.145	0.14
R-1F-15	DB	-	機関過速度ポジションスイッチ (R44-PoS259)	0.927	0.14
R-1F-15	DB	-	燃料ハンドル停止位置ポジション スイッチ(R44-PoS261)	0.975	0.14
R-1F-15	DB	-	機関付清水ポンプ出口圧カスイッ チ(R44-PS053-1)	2.455	0.14
R-1F-15	DB	-	機関付清水ポンプ出口圧カスイッ チ(R44-PS053-2)	2.455	0.14
R-1F-15	DB	-	機関入口潤滑油圧カスイッチ (R44-PS114-1)	1.485	0.14
R-1F-15	DB	-	機関入口潤滑油圧カスイッチ (R44-PS114-2)	1.485	0.14
R-1F-15	DB	-	非常用 D/G (HPCS) 速度検出器 (R44-SE345)	0.145	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCSD/G 第一始動弁 (R44-S0-F308)	0.745	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCSD/G 第二始動弁 (R44-S0-F311)	0.745	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCSD/G 第一停止弁 (R44-S0-F317X)	0.230	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCSD/G 第二停止弁 (R44-S0-F317Y)	0.230	0.14
R-1F-15	DB	-	機関出口ディーゼル冷却水温度ス イッチ(R44-TS055)	2.455	0.14

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（24/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-15	DB	-	潤滑油プライミングポンプ入口温度スイッチ(R44-TS106)	1.485	0.14
R-1F-15	SA	常設	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機(R44-C001)	1.245	0.14
R-1F-15	SA	常設	高圧炉心スプレイ系ディーゼル機関(R44-C002)	0.965	0.14
R-1F-15-1	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロールセンタ 2H(R24-P115)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機シリコン整流器盤(H21-P280)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機界磁調整器盤(H21-P281)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機自動電圧調整器盤(H21-P282)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機補機制御盤(H21-P283)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機制御盤(H21-P284)	0.000	0.00
R-1F-15-1	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロールセンタ 2H(R24-P115)	0.000	0.00
R-1F-15-1	SA	常設	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機制御盤(H21-P284)	0.000	0.00
R-1F-16	DB	-	D/G(B)室温度(V12-TIS004)	1.035	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B)室温度(V12-TIS005)	1.035	0.10
R-1F-16	DB	-	非常用ディーゼル発電機(B)(R43-C001B)	0.105	0.10
R-1F-16	DB	-	非常用ディーゼル機関(B)(R43-C002B)	0.795	0.10

注記\*1：水上高さを考慮



表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（25/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-16	DB	-	機関付動弁注油電動ポンプ(B) (R43-C101B)	0.820	0.10
R-1F-16	DB	-	機関付動弁注油ポンプ(B) 出口圧 カススイッチ(R43-PIS117B)	1.655	0.10
R-1F-16	DB	-	機関過速度(B) ポジションスイッ チ(R43-PoS259B)	0.820	0.10
R-1F-16	DB	-	燃料ハンドル停止位置(B) ポジシ ョンスイッチ(R43-PoS261B)	0.820	0.10
R-1F-16	DB	-	機関付清水ポンプ(B) 出口圧カス スイッチ(R43-PS053B-1)	1.655	0.10
R-1F-16	DB	-	機関付清水ポンプ(B) 出口圧カス スイッチ(R43-PS053B-2)	1.655	0.10
R-1F-16	DB	-	機関(B) 入口潤滑油圧カススイッチ (R43-PS107B-1)	1.055	0.10
R-1F-16	DB	-	機関(B) 入口潤滑油圧カススイッチ (R43-PS107B-2)	1.055	0.10
R-1F-16	DB	-	非常用 D/G(B) 速度検出器 (R43-SE345B)	0.105	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B) 第一始動弁 (R43-S0-F308B)	0.735	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B) 第二始動弁 (R43-S0-F311B)	0.735	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B) 第一停止弁 (R43-S0-F317BX)	0.225	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B) 第二停止弁 (R43-S0-F317BY)	0.225	0.10
R-1F-16	DB	-	機関(B) 出口ディーゼル冷却水温 度スイッチ(R43-TS055B)	1.655	0.10
R-1F-16	DB	-	潤滑油プライミングポンプ(B) 入 口温度スイッチ(R43-TS111B)	1.655	0.10

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（26/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-16	SA	常設	非常用ディーゼル発電機(B) (R43-C001B)	0.105	0.10
R-1F-16	SA	常設	非常用ディーゼル機関(B) (R43-C002B)	0.795	0.10
R-1F-16-1	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコント ールセンタ 2D-5(R24-P112)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B シリ コン整流器盤(H21-P270B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B 界磁 調整器盤(H21-P271B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B 自動 電圧調整器盤(H21-P272B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B 補機 制御盤(H21-P273B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B 制御 盤(H21-P274B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	SA	常設	代替 HPIN 窒素ガス供給止め弁 (B) 入口圧力(P54-PT101B)	0.245	0.00
R-1F-16-1	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコント ールセンタ 2D-5(R24-P112)	0.000	0.00
R-1F-16-1	SA	常設	非常用ディーゼル発電機 2B 制御 盤(H21-P274B)	0.000	0.00
R-MB1F-1	DB	-	RHR A系 LPCI 注入隔離弁 (E11-F004A)	0.545	0.00
R-MB1F-1	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.005	0.00
R-MB1F-1	DB	-	CAMS S/C サンプルガス温度(A) (D23-TE019A)	1.055	0.00
R-MB1F-2	DB	-	HPCS 注入隔離弁 (E22-F003)	0.545	0.54

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（27/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-MB1F-2	SA	常設	高圧炉心スプレイ系注入隔離弁 (E22-F003)	0.545	0.54
R-MB1F-3	DB	-	RHR B系 LPCI 注入隔離弁 (E11-F004B)	0.565	0.53
R-MB1F-3	DB	-	RHR C系 LPCI 注入隔離弁 (E11-F004C)	0.535	0.53
R-MB1F-4	DB	-	LPCS 注入隔離弁 (E21-F003)	0.545	0.44
R-MB1F-4	DB	-	HNCW 戻りライン第二隔離弁 (P24-F108)	0.445	0.44
R-B1F-1	DB	-	RHR A系エルボ差圧 (A) (E11-dPT016A)	0.605	0.24
R-B1F-1	DB	-	RHR A系エルボ差圧 (B) (E11-dPT016B)	0.590	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC エルボ差圧 (E51-dPT019A)	0.605	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC エルボ差圧 (E51-dPT019B)	0.590	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020A)	1.165	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020B)	1.155	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020C)	1.165	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020D)	1.155	0.24
R-B1F-1	DB	-	RHR B系エルボ差圧 (C) (E11-dPT016C)	0.605	0.24
R-B1F-1	DB	-	RHR B系エルボ差圧 (D) (E11-dPT016D)	0.590	0.24

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（28/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-1	DB	-	圧力抑制室内圧力 (T48-PT018A)	0.935	0.24
R-B1F-1	DB	-	圧力抑制室内圧力 (T48-PT018B)	0.910	0.24
R-B1F-1	DB	-	原子炉水位(広帯域)(A) (B21-LT052A)	0.605	0.24
R-B1F-1	DB	-	原子炉水位(広帯域)(B) (B21-LT052B)	0.595	0.24
R-B1F-1	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	0.400	0.24
R-B1F-1	DB	-	CAMS $\gamma$ 線検出器(A)D/W (D23-RE005A)	3.645	0.24
R-B1F-1	DB	-	CAMS $\gamma$ 線検出器(B)D/W (D23-RE005B)	3.645	0.24
R-B1F-1	DB	-	FPC ポンプ(A) 出口流量 (G41-FT005A)	0.575	0.24
R-B1F-1	DB	-	FPC ポンプ(B) 出口流量 (G41-FT005B)	0.575	0.24
R-B1F-1	DB	-	FPC ポンプ(A) 入口圧力 (G41-PT002A)	1.140	0.24
R-B1F-1	DB	-	FPC ポンプ(B) 入口圧力 (G41-PT002B)	0.575	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036A)	0.585	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036B)	0.585	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036C)	0.625	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036D)	0.625	0.24

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（29/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(A)/LPCS/ADS(A)) (B21-LT037A)	1.160	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(B)(C)/ADS(B)) (B21-LT037B)	1.140	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(A)/LPCS/ADS(A)) (B21-LT037C)	0.595	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(B)(C)/ADS(B)) (B21-LT037D)	0.575	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(燃料域) (B21-LT044A)	0.570	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(燃料域) (B21-LT044B)	0.575	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(A) (B21-LT052A)	0.605	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(B) (B21-LT052B)	0.595	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(SA 広帯域) (B21-LT058)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(SA 燃料域) (B21-LT059)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	RHR ヘッドスプレイライン洗浄流 量(E11-FT017A)	1.015	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉格納容器下部注水流量 (P13-FT035)	0.995	0.24
R-B1F-1	SA	常設	RHR 熱交換器(A)冷却水入口流量 (P42-FT016A)	0.980	0.24

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（30/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-1	SA	常設	RHR 熱交換器(B)冷却水入口流量 (P42-FT016B)	0.985	0.24
R-B1F-1	SA	常設	圧力抑制室圧力 (T48-PT019)	1.310	0.24
R-B1F-1	SA	常設	フィルタ装置(A)水位(広帯域) (T63-LT010A)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	フィルタ装置(B)水位(広帯域) (T63-LT010B)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	フィルタ装置(C)水位(広帯域) (T63-LT010C)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	CAMS γ線検出器(A)D/W (D23-RE005A)	3.645	0.24
R-B1F-1	SA	常設	CAMS γ線検出器(B)D/W (D23-RE005B)	3.645	0.24
R-B1F-2	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(CRD補修室) (T71-H2E203)	0.945	0.94
R-B1F-3-1	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.595	0.59
R-B1F-3-2	DB	-	主蒸気ドレンライン第二隔離弁 (B21-F005)	0.570	0.57
R-B1F-3-2	SA	常設	原子炉建屋ブローアウトパネル閉 止装置(-)	27.145	0.57
R-B1F-3-3	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.045	0.04
R-B1F-4	DB	-	125V 直流 RCIC モータコントロー ルセンタ(R42-P101)	0.000	0.00
R-B1F-4	SA	常設	125V 直流 RCIC モータコントロー ルセンタ(R42-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	FCS SCR 盤 ESS- I (H21-P095A)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（31/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-6	DB	-	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2C(R22-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V パワーセンタ 4-2C (R23-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-1(R24-P103)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-2(R24-P104)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-3(R24-P105)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-4(R24-P106)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-5(R24-P107)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A NGR 盤(H21-P275A)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A SCT 盤(H21-P276A)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A PPT 盤(H21-P277A)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A PT- CT 盤(H21-P278A)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2C(R22-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V パワーセンタ 4-2C (R23-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PC (R23-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-1(R24-P103)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（32/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-2 (R24-P104)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-3 (R24-P105)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-4 (R24-P106)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-5 (R24-P107)	0.000	0.00
R-B1F-7	DB	-	D/G RCW 差圧スイッチ (A-1) (P42-dPS083A-1)	0.645	0.12
R-B1F-7	DB	-	D/G RCW 差圧スイッチ (A-2) (P42-dPS083A-2)	0.645	0.12
R-B1F-7	DB	-	非常用 D/G (A) 冷却水出口弁 (A) (P42-F031A)	3.895	0.12
R-B1F-7	DB	-	非常用 D/G (A) 冷却水出口弁 (C) (P42-F031C)	3.895	0.12
R-B1F-7	DB	-	清水加熱器 (A) (R43-B002A)	0.125	0.12
R-B1F-7	DB	-	潤滑油加熱器 (A) (R43-B101A)	0.135	0.12
R-B1F-7	DB	-	清水加熱器ポンプ (A) (R43-C003A)	0.125	0.12
R-B1F-7	DB	-	潤滑油プライミングポンプ (A) (R43-C100A)	0.135	0.12
R-B1F-9	DB	-	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2H (R22-P103)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	MCC 動力変圧器 6-2PH (R23-P103)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	高圧炉心スプレイ系 120V 交流分 電盤 2H (R47-P053)	0.545	0.00

注記\*1：水上高さを考慮



表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（33/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-9	DB	-	HPCS 交流分電盤 2H 用変圧器 (R47-TR001)	0.075	0.00
R-B1F-9	DB	-	125V 充電器盤 2H (R42-P032)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	125V 直流主母線盤 2H(パワーセ ンタ) (R42-P033)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	125V 直流主母線盤 2H(モータコ ントロールセンタ) (R42-P034)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	125V 直流分電盤 2H (R42-P060)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 NGR 盤(H21-P285)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 SCT 盤(H21-P286)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 PPT 盤(H21-P287)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 PT-CT 盤(H21-P288)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2H(R22-P103)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	MCC 動力変圧器 6-2PH (R23-P103)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	125V 充電器盤 2H (R42-P032)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	125V 直流主母線盤 2H(パワーセ ンタ) (R42-P033)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	125V 直流主母線盤 2H(モータコ ントロールセンタ) (R42-P034)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	125V 直流分電盤 2H (R42-P060)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（34/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-10	DB	-	FCS SCR 盤 ESS-II (H21-P095B)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2D(R22-P102)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	460V パワーセンタ 4-2D (R23-P102)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B NGR 盤(H21-P275B)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B SCT 盤(H21-P276B)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B PPT 盤(H21-P277B)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B PT- CT 盤(H21-P278B)	0.000	0.00
R-B1F-10	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2D(R22-P102)	0.000	0.00
R-B1F-10	SA	常設	460V パワーセンタ 4-2D (R23-P102)	0.000	0.00
R-B1F-10	SA	常設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PD (R23-P102)	0.000	0.00
R-B1F-11	DB	-	D/G RCW 差圧スイッチ(B-1) (P42-dPS083B-1)	0.645	0.11
R-B1F-11	DB	-	D/G RCW 差圧スイッチ(B-2) (P42-dPS083B-2)	0.645	0.11
R-B1F-11	DB	-	非常用 D/G(B) 冷却水出口弁(B) (P42-F031B)	0.535	0.11
R-B1F-11	DB	-	非常用 D/G(B) 冷却水出口弁(D) (P42-F031D)	0.535	0.11
R-B1F-11	DB	-	清水加熱器(B) (R43-B002B)	0.115	0.11

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（35/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-11	DB	-	潤滑油加熱器 (B) (R43-B101B)	0.115	0.11
R-B1F-11	DB	-	清水加熱器ポンプ (B) (R43-C003B)	0.115	0.11
R-B1F-11	DB	-	潤滑油プライミングポンプ (B) (R43-C100B)	0.115	0.11
R-B1F-12	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-1 (R24-P108)	0.000	0.00
R-B1F-12	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-2 (R24-P109)	0.000	0.00
R-B1F-12	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-3 (R24-P110)	0.000	0.00
R-B1F-12	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-4 (R24-P111)	0.000	0.00
R-B1F-12	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-1 (R24-P108)	0.000	0.00
R-B1F-12	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-2 (R24-P109)	0.000	0.00
R-B1F-12	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-3 (R24-P110)	0.000	0.00
R-B1F-12	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-4 (R24-P111)	0.000	0.00
R-B1F-13	SA	常設	RCIC 蒸気供給ライン分離弁 (E51-F082)	1.124	1.12
R-B1F-13	SA	常設	高圧代替注水系蒸気供給ライン分 離弁 (E61-F064)	3.600	1.12
R-B2F-1	DB	-	RHR A 系 LPCI 注入隔離弁差圧 (E11-dPT008A)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (A) 出口流量 (E11-FT006A)	1.180	0.57

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（36/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (A) 出口圧力 (E11-PT004A-1)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (A) 出口圧力 (E11-PT004A-2)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気圧力 (E51-PT009A)	0.595	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気圧力 (E51-PT009B)	0.595	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気ダイアフラム 圧力 (E51-PT011A)	1.160	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気ダイアフラム 圧力 (E51-PT011B)	0.855	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気ダイアフラム 圧力 (E51-PT011C)	0.595	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気ダイアフラム 圧力 (E51-PT011D)	0.855	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR B 系 LPCI 注入隔離弁差圧 (E11-dPT008B)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (B) 出口流量 (E11-FT006B)	1.185	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (B) 出口圧力 (E11-PT004B-1)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (B) 出口圧力 (E11-PT004B-2)	0.615	0.57
R-B2F-1	SA	常設	RHR ポンプ (A) 出口圧力 (E11-PT005A)	0.585	0.57
R-B2F-1	SA	常設	RHR ポンプ (B) 出口圧力 (E11-PT005B)	0.575	0.57
R-B2F-1	SA	常設	RHR ポンプ (A) 出口流量 (E11-FT006A)	1.180	0.57

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（37/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B2F-1	SA	常設	RHR ポンプ(B) 出口流量 (E11-FT006B)	1.185	0.57
R-B2F-1	SA	常設	高圧代替注水系ポンプ出口圧力 (E61-PT003)	0.975	0.57
R-B2F-1	SA	常設	高圧代替注水系ポンプ出口流量 (E61-FT004)	0.595	0.57
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ注入隔離弁差圧 (E21-dPT007)	0.610	0.10
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ出口流量 (E21-FT006)	0.610	0.10
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ出口圧力 (E21-PT004A)	0.610	0.10
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ出口圧力 (E21-PT004B)	0.610	0.10
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ室空調機 (V10-D101)	0.105	0.10
R-B2F-2	SA	常設	LPCS ポンプ出口圧力 (E21-PT005)	1.190	0.10
R-B2F-2	SA	常設	LPCS ポンプ出口流量 (E21-FT006)	0.610	0.10
R-B2F-3	DB	-	HPCS ポンプ出口流量 (E22-FT005A)	1.175	0.13
R-B2F-3	DB	-	HPCS ポンプ入口圧力 (E22-PT001B)	0.605	0.13
R-B2F-3	DB	-	HPCS ポンプ出口圧力 (E22-PT004)	0.605	0.13
R-B2F-3	DB	-	HPCS ポンプ室空調機 (V10-D106)	0.135	0.13
R-B2F-3	SA	常設	HPCS ポンプ出口圧力 (E22-PT004)	0.605	0.13

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（38/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B2F-3	SA	常設	HPCS ポンプ出口流量 (E22-FT005B)	0.590	0.13
R-B2F-5	SA	常設	復水移送ポンプ(A) (P13-C001A)	0.110	0.10
R-B2F-5	SA	常設	復水移送ポンプ(B) (P13-C001B)	0.110	0.10
R-B2F-5	SA	常設	復水移送ポンプ(C) (P13-C001C)	0.105	0.10
R-B2F-5	SA	常設	復水移送ポンプ出口圧力 (P13-PT011)	0.920	0.10
R-B2F-6	SA	常設	高圧代替注水系タービンポンプ (E61-C001)	0.545	0.54
R-B2F-6	SA	常設	高圧代替注水系注入弁 (E61-F003)	0.575	0.54
R-B2F-6	SA	常設	高圧代替注水系タービン止め弁 (E61-F050)	2.667	0.54
R-B2F-8	SA	常設	代替原子炉再循環ポンプトリップ 遮断器(A)(-)	0.000	0.00
R-B2F-8	SA	常設	代替原子炉再循環ポンプトリップ 遮断器(B)(-)	0.000	0.00
R-B3F-1	SA	常設	RHR ポンプ(C) 出口圧力 (E11-PT005C)	1.110	1.11
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン蒸気加減弁電油変 換器((20-CV))	0.855	0.43
R-B3F-2	DB	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ (E51-C001)	0.883	0.43
R-B3F-2	DB	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ駆動用 タービン(E51-C002)	0.825	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ CST 吸込弁 (E51-F001)	0.445	0.43

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（39/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ S/C 吸込弁 (E51-F005)	0.430	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン止め弁 (E51-F009)	2.694	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC 冷却水ライン止め弁 (E51-F017)	2.713	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン主蒸気止め弁 (E51-F071)	0.883	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ出口流量 (E51-FT004)	1.245	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン蒸気加減弁 (E51-H0-F072)	0.883	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン主蒸気止め弁全閉 表示用リミットスイッチ (E51-PoS031)	0.855	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン非常トリップ装置& 非常調速機作動表示用リミットス イッチ (E51-PoS041)	0.855	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン蒸気加減弁開度発 信器 (E51-PoT050)	0.855	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ入口圧力 (E51-PT001B)	1.375	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ出口圧力 (E51-PT003)	1.245	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ駆動用タービン入口 蒸気圧力 (E51-PT007)	1.375	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン回転数検出器-1 (E51-SE042)	0.825	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン回転数検出器-2 (E51-SE043)	0.825	0.43

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（40/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービンメカニカルトリップ用ソレノイド (E51-S0052)	0.855	0.43
R-B3F-2	SA	常設	原子炉隔離時冷却系ポンプ (E51-C001)	0.883	0.43
R-B3F-2	SA	常設	RCIC タービン止め弁 (E51-F009)	2.694	0.43
R-B3F-2	SA	常設	RCIC 冷却水ライン止め弁 (E51-F017)	2.713	0.43
R-B3F-2	SA	常設	RCIC ポンプ出口圧力 (E51-PT003)	1.245	0.43
R-B3F-2	SA	常設	RCIC ポンプ出口流量 (E51-FT004)	1.245	0.43
R-B3F-3	DB	-	残留熱除去系ポンプ(A) (E11-C001A)	0.060	0.06
R-B3F-3	DB	-	RHR ポンプ (A) S/C 吸込弁 (E11-F001A)	0.865	0.06
R-B3F-3	DB	-	RHR ポンプ (A) 停止時冷却吸込弁 (E11-F017A)	0.865	0.06
R-B3F-3	DB	-	RHR ポンプ (A) 室空調機 (V10-D102)	0.125	0.06
R-B3F-3	SA	常設	残留熱除去系ポンプ(A) (E11-C001A)	0.060	0.06
R-B3F-4	DB	-	低圧炉心スプレイ系ポンプ (E21-C001)	0.065	0.06
R-B3F-4	DB	-	LPCS ポンプ S/C 吸込弁 (E21-F001)	0.965	0.06
R-B3F-4	SA	常設	低圧炉心スプレイ系ポンプ (E21-C001)	0.065	0.06
R-B3F-4	SA	常設	圧力抑制室水位 (T48-LT027)	0.715	0.06

注記\*1：水上高さを考慮



表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（41/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-5	DB	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ (E22-C001)	0.075	0.07
R-B3F-5	DB	-	HPCS ポンプ CST 吸込弁 (E22-F001)	2.375	0.07
R-B3F-5	DB	-	HPCS ポンプ S/C 吸込弁 (E22-F006)	0.875	0.07
R-B3F-5	DB	-	サブレーションプール水位 (E22-LT010A)	0.490	0.07
R-B3F-5	DB	-	サブレーションプール水位 (E22-LT010B)	0.490	0.07
R-B3F-5	SA	常設	高圧炉心スプレイ系ポンプ (E22-C001)	0.075	0.07
R-B3F-5	SA	常設	圧力抑制室水位 (T48-LT027B)	0.495	0.07
R-B3F-6	DB	-	残留熱除去系ポンプ(B) (E11-C001B)	0.045	0.04
R-B3F-6	DB	-	RHR ポンプ(B) S/C 吸込弁 (E11-F001B)	0.895	0.04
R-B3F-6	DB	-	RHR ポンプ(B) 停止時冷却吸込弁 (E11-F017B)	0.895	0.04
R-B3F-6	DB	-	RHR ポンプ(B) 室空調機 (V10-D103)	0.095	0.04
R-B3F-6	SA	常設	残留熱除去系ポンプ(B) (E11-C001B)	0.045	0.04
R-B3F-7	DB	-	残留熱除去系ポンプ(C) (E11-C001C)	0.035	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR C 系 LPCI 注入隔離弁差圧 (E11-dPT008C)	0.895	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ(C) S/C 吸込弁 (E11-F001C)	0.855	0.03

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（42/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ (C) 出口流量 (E11-FT006C)	0.895	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ (C) 出口圧力 (E11-PT004C-1)	1.005	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ (C) 出口圧力 (E11-PT004C-2)	1.005	0.03
R-B3F-7	DB	-	FPMUW ポンプ出口流量 (P15-FT005)	0.885	0.03
R-B3F-7	DB	-	FPMUW ポンプ入口圧力 (P15-PT001)	1.015	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ (C) 室空調機 (V10-D105)	0.115	0.03
R-B3F-7	SA	常設	残留熱除去系ポンプ (C) (E11-C001C)	0.035	0.03
R-B3F-7	SA	常設	RHR ポンプ (C) 出口流量 (E11-FT006C)	0.895	0.03
R-B3F-8	DB	-	燃料プール補給水ポンプ (P15-C001)	0.105	0.10
R-B3F-8	DB	-	FPMUW ポンプ室空調機 (V10-D107)	0.105	0.10
R-B3F-8	SA	常設	燃料プール補給水系ポンプ吸込弁 (P15-F001)	0.505	0.10
R-B3F-10	DB	-	RHR A 系 S/C スプレイ隔離弁 (E11-F011A)	10.120	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR A 系停止時冷却吸込第二隔離 弁 (E11-F016A)	11.108	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR A 系停止時冷却注入隔離弁 (E11-F018A)	11.064	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR ポンプ (A) ミニマムフロー弁 (E11-F024A)	9.180	6.40

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（43/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-10	DB	-	LPCS ポンプミニマムフロー弁 (E21-F009)	9.371	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCIC 注入弁 (E51-F003)	11.296	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCIC タービン排気ライン隔離弁 (E51-F011)	8.667	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCIC ポンプミニマムフロー弁 (E51-F015)	9.187	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCIC 真空ポンプ吐出ライン隔離 弁(E51-F029)	6.404	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR B 系 S/C スプレイ隔離弁 (E11-F011B)	10.117	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR B 系停止時冷却吸込第二隔離 弁(E11-F016B)	11.203	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR B 系停止時冷却注入隔離弁 (E11-F018B)	11.203	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR ポンプ(B) ミニマムフロー弁 (E11-F024B)	9.373	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR ポンプ(C) ミニマムフロー弁 (E11-F024C)	9.373	6.40
R-B3F-10	DB	-	HPCS ポンプ CST 側ミニマムフロ ー第一弁(E22-F011)	9.433	6.40
R-B3F-10	DB	-	HPCS ポンプ CST 側ミニマムフロ ー第二弁(E22-F012)	9.433	6.40
R-B3F-10	DB	-	HPCS ポンプ S/C 側ミニマムフロ ー弁(E22-F013)	9.435	6.40
R-B3F-10	DB	-	CUW 入口ライン第二隔離弁 (G31-F003)	10.320	6.40
R-B3F-10	DB	-	D/W LCW サンプ第二隔離弁 (K11-F004)	9.663	6.40

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（44/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-10	DB	-	D/W HCW サンプ第二隔離弁 (K11-F104)	9.663	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCW 戻り側第二隔離弁(A) (P42-F116A)	9.694	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCW 戻り側第二隔離弁(B) (P42-F116B)	9.664	6.40
R-B3F-10	DB	-	FCS A 系出口隔離弁 (T49-F003A)	9.400	6.40
R-B3F-10	DB	-	FCS B 系出口隔離弁 (T49-F003B)	9.432	6.40
R-B3F-10	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	7.695	6.40
R-B3F-10	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	7.695	6.40
R-B3F-10	DB	-	CAMS γ線検出器(A)S/C (D23-RE006A)	10.245	6.40
R-B3F-10	DB	-	CAMS γ線検出器(B)S/C (D23-RE006B)	10.245	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)S/C サンプル入口隔離弁 (T48-S0-F741)	7.976	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)S/C サンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F742)	7.975	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)ド レン隔離弁(T48-S0-F744)	6.459	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)S/C サンプル入口隔離弁 (T48-S0-F747)	7.972	6.40

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（45/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)S/C サンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F748)	7.974	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)ド レン隔離弁(T48-S0-F750)	6.449	6.40
R-B3F-10	SA	常設	RCIC 注入弁 (E51-F003)	11.296	6.40
R-B3F-10	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(トーラス室) (T71-H2E205)	8.245	6.40
R-B3F-10	SA	常設	CAMS γ線検出器(A)S/C (D23-RE006A)	10.245	6.40
R-B3F-10	SA	常設	CAMS γ線検出器(B)S/C (D23-RE006B)	10.245	6.40
R-B3F-10	SA	常設	サプレッションチェンバメント用 出口隔離弁(T48-F022)	10.696	6.40
R-B3F-11	DB	-	RCW ポンプ(A)室空調機(A) (V11-D101A)	0.110	0.09
R-B3F-11	DB	-	RCW ポンプ(A)室空調機(B) (V11-D101B)	0.110	0.09
R-B3F-11	DB	-	原子炉補機冷却水ポンプ(A) (P42-C001A)	0.100	0.09
R-B3F-11	DB	-	原子炉補機冷却水ポンプ(C) (P42-C001C)	0.090	0.09
R-B3F-11	DB	-	RCW 熱交換器(A)冷却水出口弁 (P42-F004A)	0.545	0.09
R-B3F-11	DB	-	RCW 熱交換器(C)冷却水出口弁 (P42-F004C)	0.565	0.09
R-B3F-11	DB	-	RCW 常用冷却水供給側分離弁(A) (P42-F091A)	0.595	0.09

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（46/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-11	DB	-	RCW A系 冷却水供給圧力 (P42-PT004A)	0.555	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(A) 差圧 (P45-dPT002A)	0.370	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(C) 差圧 (P45-dPT002C)	0.370	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(A) 旋回弁 (P45-F004A)	0.192	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(C) 旋回弁 (P45-F004C)	0.192	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(A) ブロー弁 (P45-F012A)	0.745	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(C) ブロー弁 (P45-F012C)	0.745	0.09
R-B3F-11	SA	常設	原子炉補機冷却水ポンプ(A) (P42-C001A)	0.100	0.09
R-B3F-11	SA	常設	原子炉補機冷却水ポンプ(C) (P42-C001C)	0.090	0.09
R-B3F-11	SA	常設	RCW A系 系統流量 (P42-FT006A)	0.740	0.09
R-B3F-13	DB	-	高圧炉心スプレー補機冷却水ポン プ(P47-C001)	0.075	0.07
R-B3F-13	SA	常設	直流駆動低圧注水系ポンプ (E71-C001)	0.445	0.07
R-B3F-13	SA	常設	高圧炉心スプレー補機冷却水ポン プ(P47-C001)	0.075	0.07
R-B3F-13	SA	常設	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧 力(E71-PT004)	0.245	0.07
R-B3F-13	SA	常設	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流 量(E71-FT005)	0.245	0.07

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（47/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-14	DB	-	RCW ポンプ (B) 室空調機 (A) (V12-D101A)	0.105	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW ポンプ (B) 室空調機 (B) (V12-D101B)	0.095	0.09
R-B3F-14	DB	-	原子炉補機冷却水ポンプ (B) (P42-C001B)	0.095	0.09
R-B3F-14	DB	-	原子炉補機冷却水ポンプ (D) (P42-C001D)	0.090	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW 熱交換器 (B) 冷却水出口弁 (P42-F004B)	0.545	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW 熱交換器 (D) 冷却水出口弁 (P42-F004D)	0.545	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW 常用冷却水供給側分離弁 (B) (P42-F091B)	0.565	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW B 系 冷却水供給圧力 (P42-PT004B)	0.785	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (B) 差圧 (P45-dPT002B)	0.370	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (D) 差圧 (P45-dPT002D)	0.370	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (B) 旋回弁 (P45-F004B)	0.192	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (D) 旋回弁 (P45-F004D)	0.192	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (B) ブロー弁 (P45-F012B)	0.745	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (D) ブロー弁 (P45-F012D)	0.745	0.09
R-B3F-14	SA	常設	原子炉補機冷却水ポンプ (B) (P42-C001B)	0.095	0.09

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（48/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-14	SA	常設	原子炉補機冷却水ポンプ(D) (P42-C001D)	0.090	0.09
R-B3F-14	SA	常設	RCW B系 系統流量 (P42-FT006B)	0.745	0.09
RW-M3F-3	SA	常設	耐圧強化ベント系放射線モニタ (D11-RE019A)	0.425	0.42
RW-M3F-3	SA	常設	耐圧強化ベント系放射線モニタ (D11-RE019B)	0.425	0.42
Rw-1F-2-2	DB	-	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2C(R24-P703)	0.000	0.00
Rw-1F-2-2	DB	-	125V 直流電源切替盤 2A (R42-P715A)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	SA	常設	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2C(R24-P703)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A-1(パワー センタ)(R42-P711A)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A-1 (モータ コントロールセンタ) (R42-P712A)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	SA	常設	125V 直流電源切替盤 2A (R42-P715A)	0.000	0.00
Rw-1F-2-3	DB	-	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2D(R24-P704)	0.000	0.00
Rw-1F-2-3	DB	-	125V 直流電源切替盤 2B (R42-P715B)	0.000	0.00
RW-1F-2-3	SA	常設	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2D(R24-P704)	0.000	0.00
RW-1F-2-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B-1 (パワー センタ)(R42-P711B)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮



表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（49/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
RW-1F-2-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B-1（モータ コントロールセンタ） (R42-P712B)	0.000	0.00
RW-1F-2-3	SA	常設	125V 直流電源切替盤 2B (R42-P715B)	0.000	0.00
RW-B3F-1	SA	常設	代替循環冷却ポンプ出口圧力 (E11-PT021)	0.245	0.24
RW-B3F-1	SA	常設	代替循環冷却ポンプ出口流量 (E11-FT022)	0.245	0.24
RW-B3F-1	SA	常設	代替循環冷却ポンプ (E11-C002)	0.445	0.24

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（1/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-3F-1	DB	-	中央制御室制御盤 (H11)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	常設	データ表示装置(待避所) (-)	0.545	0.00
C-3F-1	SA	常設	無線連絡設備(固定型) (-)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	無線連絡設備(携帯型) (-)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	常設	衛星電話設備(固定型) (-)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	衛星電話設備(携帯型) (-)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	携行型通話装置 (-)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	酸素濃度計(中央制御室用) (-)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	二酸化炭素濃度計(中央制御室用) (-)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	可搬型照明 (SA) (-)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	常設	安全パラメータ表示システム (SPDS) (データ収集装置) (-)	0.495	0.00
C-3F-1	SA	常設	差圧計(中央制御室待避所用) (-)	1.450	0.00
C-2F-1	DB	-	CAMS モニタプリアンプ収納箱(A) (H25-P386A)	0.695	0.28
C-2F-1	DB	-	中央制御室端子盤 (H21)	0.285	0.28
C-2F-2	DB	-	CAMS モニタプリアンプ収納箱(B) (H25-P386B)	0.685	0.28

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（2/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-2F-2	DB	-	中央制御室端子盤 (H21)	0.285	0.28
C-2F-4	DB	-	中央制御室端子盤 (H21)	0.295	0.00
C-2F-4	SA	可搬	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池(-)	0.000	0.00
C-2F-6	SA	可搬	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池(-)	0.000	0.00
C-2F-7	SA	常設	125V 代替蓄電池 (-)	0.000	0.00
C-MB1F-1	DB	-	125V 蓄電池 2A (-)	0.000	0.00
C-MB1F-1	SA	常設	125V 蓄電池 2A (-)	0.000	0.00
C-B1F-1	DB	-	計測制御電源(A)室給気温度 (V31-TE002)	0.785	0.78
C-B1F-2	DB	-	125V 蓄電池 2A (-)	0.000	0.00
C-B1F-2	SA	常設	125V 蓄電池 2A (-)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	RCIC タービン制御盤 (H21-P042)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-1 (R24-P301)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-2 (R24-P302)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	RSS 盤(A)用変圧器 (R47-TR003)	0.075	0.00
C-B1F-3	DB	-	無停電交流電源用静止型無停電電 源装置 2A (R46-P001A)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（3/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B1F-3	DB	-	交流 120V 無停電交流分電盤 2A-1 (R46-P051)	0.145	0.00
C-B1F-3	DB	-	中央制御室用電源切替盤 2A (R47-P003A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	中央制御室 120V 交流分電盤 2A (R47-P051)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 直流主母線盤 2A(受電パワ ーセンタ) (R42-P001A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 充電器盤 2A (R42-P002A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 直流主母線盤 2A(パワーセ ンタ) (R42-P003A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 直流主母線盤 2A(モータコ ントロールセンタ) (R42-P004A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 直流分電盤 2A-1 (R42-P051)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-1 (R24-P301)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-2 (R24-P302)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A(受電パワ ーセンタ) (R42-P001A)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 充電器盤 2A (R42-P002A)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A(パワーセ ンタ) (R42-P003A)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A(モータコ ントロールセンタ) (R42-P004A)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 直流分電盤 2A-1 (R42-P051)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（4/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B1F-3	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2A (R47-P051)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2A-1 (R47-P051-1)	0.000	0.00
C-B1F-4	DB	-	125V 蓄電池 2B (-)	0.000	0.00
C-B1F-4	SA	常設	125V 蓄電池 2B (-)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-1 (R24-P303)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-2 (R24-P304)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	RSS 盤(B)用変圧器 (R47-TR004)	0.075	0.00
C-B1F-5	DB	-	無停電交流電源用静止型無停電電 源装置 2B (R46-P001B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	交流 120V 無停電交流分電盤 2B-1 (R46-P053)	0.145	0.00
C-B1F-5	DB	-	中央制御室用電源切替盤 2B (R47-P003B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	中央制御室 120V 交流分電盤 2B (R47-P052)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	125V 直流主母線盤 2B(受電パワ ーセンタ) (R42-P001B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	125V 充電器盤 2B (R42-P002B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	125V 直流主母線盤 2B(パワーセ ンタ) (R42-P003B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	125V 直流主母線盤 2B(モータコ ントロールセンタ) (R42-P004B)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（5/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B1F-5	DB	-	125V 直流分電盤 2B-1 (R42-P054)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-1 (R24-P303)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-2 (R24-P304)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B(受電パワー センタ) (R42-P001B)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 充電器盤 2B (R42-P002B)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B(パワーセ ンタ) (R42-P003B)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B(モータコ ントロールセンタ) (R42-P004B)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 直流分電盤 2B-1 (R42-P054)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2B (R47-P052)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2B-1 (R47-P052-1)	0.000	0.00
C-B1F-6-1	DB	-	中央制御室外原子炉停止装置盤 (H21)	0.000	0.00
C-B1F-7	SA	常設	125V 代替充電器盤 (R71-P021)	0.000	0.00
C-B1F-8	DB	-	計測制御電源 (B) 室給気温度 (V32-TE002)	0.815	0.81
C-B2F-1	DB	-	中央制御室給気ケーシング (A) (-)	0.000	0.00
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源 (A) 室給気ケーシ ング (-)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（6/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B2F-1	DB	-	中央制御室送風機(A) (V30-C001A)	0.075	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室排風機(A) (V30-C002A)	0.110	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室再循環送風機(A) (V30-C003A)	0.125	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室再循環フィルタ装置 (V30-D201)	0.700	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室少量外気取入ダンパ (A) (V30-D301A)	1.425	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室少量外気取入ダンパ (B) (V30-D301B)	1.425	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室再循環フィルタ装置入 口ダンパ(A) (V30-D302A)	2.982	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室再循環フィルタ装置入 口ダンパ(B) (V30-D302B)	2.982	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室外気取入ダンパ(前) (V30-D303)	1.125	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室外気取入ダンパ(後) (V30-D304)	1.110	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室排風機(A) 出口ダンパ (V30-D305A)	3.882	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室還気温度(A) (V30-TE002A)	2.865	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室還気温度(B) (V30-TE002B)	2.865	0.00
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源(A) 室送風機(A) (V31-C001A)	0.105	0.00
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源(A) 室送風機(B) (V31-C001B)	0.085	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（7/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源(A)室排風機(A) (V31-C002A)	0.090	0.00
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源(A)室排風機(B) (V31-C002B)	0.090	0.00
C-B2F-1	SA	常設	中央制御室送風機(A) (V30-C001A)	0.075	0.00
C-B2F-1	SA	常設	中央制御室排風機(A) (V30-C002A)	0.110	0.00
C-B2F-1	SA	常設	中央制御室再循環送風機(A) (V30-C003A)	0.125	0.00
C-B2F-1	SA	常設	中央制御室再循環フィルタ装置 (V30-D201)	0.700	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室給気ケーシング(B) (-)	0.000	0.00
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源(B)室給気ケーシ ング(-)	0.000	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室送風機(B) (V30-C001B)	0.115	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室排風機(B) (V30-C002B)	0.105	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室再循環送風機(B) (V30-C003B)	0.100	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室排風機(B)出口ダンパ (V30-D305B)	3.703	0.00
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源(B)室送風機(A) (V32-C001A)	0.100	0.00
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源(B)室送風機(B) (V32-C001B)	0.100	0.00
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源(B)室排風機(A) (V32-C002A)	0.085	0.00

注記\*1：水上高さを考慮



表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（8/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源 (B) 室排風機 (B) (V32-C002B)	0.095	0.00
C-B2F-2	SA	常設	中央制御室送風機 (B) (V30-C001B)	0.115	0.00
C-B2F-2	SA	常設	中央制御室排風機 (B) (V30-C002B)	0.105	0.00
C-B2F-2	SA	常設	中央制御室再循環送風機 (B) (V30-C003B)	0.100	0.00
C-B2F-3	SA	常設	250V 蓄電池 (-)	0.000	0.00
C-B2F-4	SA	常設	250V 直流主母線盤 (パワーセン タ) (R42-P042)	0.000	0.00
C-B2F-4	SA	常設	250V 充電器盤 (R42-P043)	0.000	0.00
C-B2F-4	SA	常設	250V 直流主母線盤 (モータコント ロールセンタ) (R42-P044)	0.000	0.00
C-B2F-5	DB	-	125V 蓄電池 2A (-)	0.000	0.00
C-B2F-5	SA	常設	125V 蓄電池 2A (-)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-3 溢水防護区画毎の整理結果（海水ポンプ室）（1/2）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
SW-1F-2	DB	-	原子炉補機冷却海水ポンプ (A) (P45-C001A)	0.275	0.27
SW-1F-2	DB	-	原子炉補機冷却海水ポンプ (C) (P45-C001C)	0.290	0.27
SW-1F-2	DB	-	RSW ポンプ (A) 吐出弁 (P45-F002A)	1.025	0.27
SW-1F-2	DB	-	RSW ポンプ (C) 吐出弁 (P45-F002C)	1.045	0.27
SW-1F-2	DB	-	RSW ポンプ吐出連絡管 (A) 止め弁 (P45-F006A)	1.045	0.27
SW-1F-2	SA	常設	原子炉補機冷却海水ポンプ (A) (P45-C001A)	0.275	0.27
SW-1F-2	SA	常設	原子炉補機冷却海水ポンプ (C) (P45-C001C)	0.290	0.27
SW-1F-4	DB	-	高圧炉心スプレイ補機冷却海水ポ ンプ (P48-C001)	0.065	0.06
SW-1F-4	DB	-	HPSW ポンプ吐出弁 (P48-F002)	0.385	0.06
SW-1F-4	SA	常設	高圧炉心スプレイ補機冷却海水ポ ンプ (P48-C001)	0.065	0.06
SW-1F-5	DB	-	原子炉補機冷却海水ポンプ (B) (P45-C001B)	0.275	0.27
SW-1F-5	DB	-	原子炉補機冷却海水ポンプ (D) (P45-C001D)	0.285	0.27
SW-1F-5	DB	-	RSW ポンプ (B) 吐出弁 (P45-F002B)	1.045	0.27
SW-1F-5	DB	-	RSW ポンプ (D) 吐出弁 (P45-F002D)	1.045	0.27
SW-1F-5	DB	-	RSW ポンプ吐出連絡管 (B) 止め弁 (P45-F006B)	1.045	0.27

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-3 溢水防護区画毎の整理結果（海水ポンプ室）（2/2）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
SW-1F-5	SA	常設	原子炉補機冷却海水ポンプ(B) (P45-C001B)	0.275	0.27
SW-1F-5	SA	常設	原子炉補機冷却海水ポンプ(D) (P45-C001D)	0.285	0.27

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-4 溢水防護区画毎の整理結果（復水貯蔵タンクエリア）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
CST-1	DB	-	復水貯蔵タンク水位レベルスイッ チ (E22-LS011A)	1.515	1.51
CST-1	DB	-	復水貯蔵タンク水位レベルスイッ チ (E22-LS011B)	1.515	1.51
CST-2	SA	常設	復水貯蔵タンク水位 (P13-LT005)	0.655	0.65

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-5 溢水防護区画毎の整理結果（軽油タンクエリア）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
LOT-1	DB	-	燃料移送ポンプ (A) (R43-C200A)	0.440	0.44
LOT-1	SA	常設	燃料移送ポンプ (A) (R43-C200A)	0.440	0.44
LOT-2	DB	-	燃料移送ポンプ (B) (R43-C200B)	0.440	0.44
LOT-2	SA	常設	燃料移送ポンプ (B) (R43-C200B)	0.440	0.44
LOT-3	DB	-	燃料移送ポンプ (R44-C200)	0.445	0.44
LOT-3	SA	常設	燃料移送ポンプ (R44-C200)	0.445	0.44

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-6 溢水防護区画毎の整理結果（タービン建屋）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
T-1F-1	DB	-	気体廃棄物処理設備エリア排気放 射線モニタ(C) (D11-RE012C)	3.000	3.00
T-1F-1	DB	-	気体廃棄物処理設備エリア排気放 射線モニタ(D) (D11-RE012D)	3.000	3.00
T-B1F-1	DB	-	気体廃棄物処理設備エリア排気放 射線モニタ(A) (D11-RE012A)	3.000	3.00
T-B1F-1	DB	-	気体廃棄物処理設備エリア排気放 射線モニタ(B) (D11-RE012B)	3.000	3.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-7 溢水防護区画毎の整理結果（緊急用電気品建屋）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
E-1F-1	SA	常設	ガスタービン発電機 発電機車 A号機(R45-C002A)	0.000	0.00
E-1F-1	SA	常設	ガスタービン発電機 制御車 A 号機(R45-C003A)	0.000	0.00
E-1F-1	SA	常設	ガスタービン発電機 発電機車 B号機(R45-C002B)	0.000	0.00
E-1F-1	SA	常設	ガスタービン発電機 制御車 B 号機(R45-C003B)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2F-1(R22-P701-1)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2F-2(R22-P701-2)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	MCC 動力変圧器 6-2PF-1 (R23-P701-1)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	MCC 動力変圧器 6-2PF-2 (R23-P701-2)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	460V 緊急用電気品建屋 モータコ ントロールセンタ 2F-1 (R24-P701-1)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	460V 緊急用電気品建屋 モータコ ントロールセンタ 2F-2 (R24-P701-2)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	ガスタービン発電機(A) 接続盤 (R45-P101A)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	ガスタービン発電機(B) 接続盤 (R45-P101B)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	ガスタービン発電設備燃料移送ポ ンプ接続盤(R45-P111)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-8 溢水防護区画毎の整理結果（緊急時対策建屋）（1/3）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
K-2F-2	SA	可搬	可搬型モニタリングポスト (-)	0.000	0.00
K-1F-3	SA	常設	緊急時対策所非常用送風機(A) (V83-C003A)	0.170	0.17
K-1F-3	SA	常設	緊急時対策所非常用送風機(B) (V83-C003B)	0.170	0.17
K-1F-3	SA	常設	緊急時対策所非常用フィルタ装置 (A) (V83-D002A)	0.170	0.17
K-1F-3	SA	常設	緊急時対策所非常用フィルタ装置 (B) (V83-D002B)	0.170	0.17
K-1F-9	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-J-1 (R22-P801)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	動力変圧器 6-PJ-1 (R23-P801)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	460V 緊急時対策所モータコント ロールセンタ J-1 (R24-P801)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	緊急時対策所 210V 交流分電盤 J- 1 (R52-P811)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	緊急時対策所 120V 交流分電盤 J- 1 (R47-P801)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	緊急時対策所 105V 交流電源切替 盤 (R47-P811)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	緊急時対策所 105V 交流分電盤 J- 3 (R47-P812)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	125V 直流主母線盤 J-1 (R42-P803)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-J-2 (R22-P802)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	動力変圧器 6-PJ-2 (R23-P802)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-8 溢水防護区画毎の整理結果（緊急時対策建屋）（2/3）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
K-1F-10	SA	常設	460V 緊急時対策所モータコント ロールセンタ J-2 (R24-P802)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	460V 緊急時対策所モータコント ロールセンタ J-3 (R24-P811)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	緊急時対策所 210V 交流分電盤 J- 2 (R52-P812)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	緊急時対策所 120V 交流分電盤 J- 2 (R47-P802)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	125V 直流主母線盤 J-2 (R42-P806)	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	可搬型ダスト・よう素サンプラ (-)	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	α線サーベイメータ (-)	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	β線サーベイメータ (-)	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	γ線サーベイメータ (-)	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	電離箱サーベイメータ (-)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	無線連絡設備(固定型) (-)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	衛星電話設備(固定型) (-)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	統合原子力防災ネットワークを用 いた通信連絡設備(IP 電話)(-)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	統合原子力防災ネットワークを用 いた通信連絡設備(IP-FAX)(-)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	統合原子力防災ネットワークを用 いた通信連絡設備(テレビ会議シ ステム)(-)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮



表 9.1-8 溢水防護区画毎の整理結果（緊急時対策建屋）（3/3）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
K-B2F-10	SA	常設	安全パラメータ表示システム (SPDS) (SPDS 表示装置) (-)	0.790	0.00
K-B2F-10	SA	可搬	緊急時対策所可搬型エリアモニタ (-)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	差圧計(緊急時対策所用) (V85-dPT006)	1.470	0.00
K-B2F-10	SA	可搬	酸素濃度計(緊急時対策所用) (-)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	可搬	二酸化炭素濃度計(緊急時対策所 用)(-)	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	可搬	無線連絡設備(携帯型) (-)	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	可搬	衛星電話設備(携帯型) (-)	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	常設	統合原子力防災ネットワークを用 いた通信連絡設備(-)	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	常設	データ伝送設備 (-)	0.320	0.00
K-B2F-11	SA	常設	安全パラメータ表示システム (SPDS) (SPDS 伝送装置) (-)	0.320	0.00
K-B2F-11	SA	常設	可搬型モニタリングポストデータ 処理装置(-)	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	常設	代替気象観測設備データ処理装置 (-)	0.350	0.00
K-B2F-11	SA	可搬	緊急時対策所可搬型エリアモニタ (-)	0.000	0.00

注記\*1：水上高さを考慮

表 9.1-9 溢水防護区画毎の整理結果（屋外）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	備考
屋外	SA	可搬	大容量送水ポンプ(タイプⅠ) (-)	0.270	
屋外	SA	可搬	ホース延長回収車 (-)	0.250	
屋外	SA	可搬	原子炉補機代替冷却水系熱交換器 ユニット(-)	0.240	
屋外	SA	可搬	可搬型モニタリングポスト (-)	0.000	
屋外	SA	可搬	代替気象観測設備 (-)	0.000	
屋外	SA	可搬	小型船舶 (-)	0.200	
屋外	SA	可搬	可搬型窒素ガス供給装置 (-)	0.200	
屋外	SA	可搬	大容量送水ポンプ(タイプⅡ) (-)	0.270	
屋外	SA	常設	ガスタービン発電設備燃料移送ポ ンプ(A) (R45-C001A)	0.500	
屋外	SA	常設	ガスタービン発電設備燃料移送ポ ンプ(B) (R45-C001B)	0.500	
屋外	SA	可搬	電源車 (-)	0.220	
K-1F-4	SA	可搬	電源車（緊急時対策所用） (-)	0.220	
屋外	SA	可搬	タンクローリ (-)	0.270	
屋外	SA	可搬	ブルドーザ (-)	0.450	
屋外	SA	可搬	バックホウ (-)	1.060	

注記\*1：水上高さを考慮

## 9.2 ケーブルの被水影響評価について

### 1. はじめに

本資料は、防護対象設備に用いているケーブルについて被水したとしても、その機能に影響を受けないと判断したことに対する妥当性を説明するものである。

### 2. ケーブルの被水影響

図 9.2-1 にケーブルの断面図を示す。ケーブルは充電部となる導体の周りが絶縁体で覆われ、さらに外皮が耐水性・絶縁性の高いシースで覆われていることから、被水による機能影響は受けない。ここで、ケーブルが被水により機能影響を受けるケースとしては、絶縁体の割れ等によりケーブルの絶縁性能が低下している状態で被水する場合が考えられる。以下に、ケーブルの形式試験からその被水影響について評価した結果を示す。

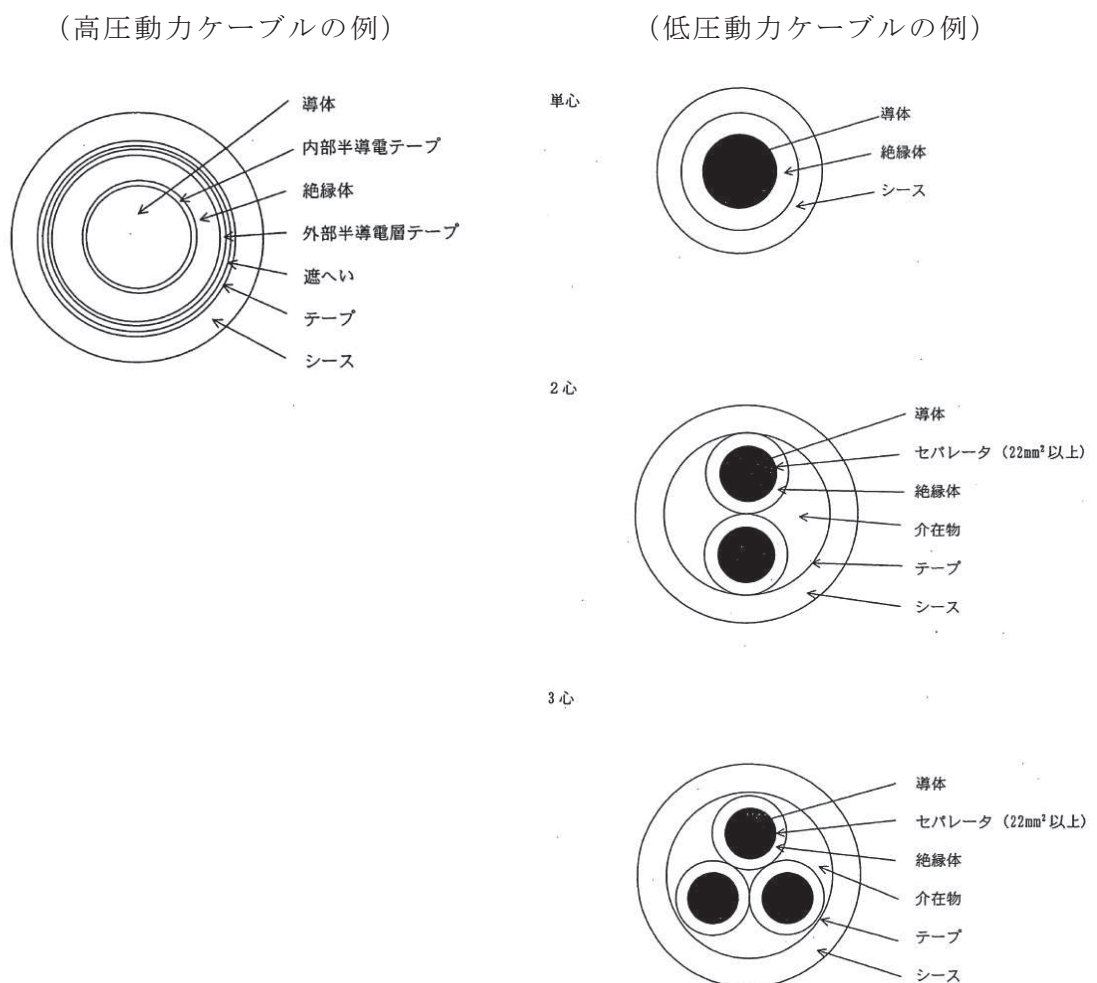


図 9.2-1 ケーブル断面図

3. 建設時の試験（原子炉格納容器内ケーブル）

(1) 劣化模擬試験

運転期間（40年）相当の劣化及び原子炉冷却材喪失事故時の劣化を模擬する。詳細条件を図9.2-2に示す。

試験条件：熱老化（121℃，7日）

放射線照射（ $7.6 \times 10^5$ Gy）

原子炉冷却材喪失事故模擬（171℃，427kPa，9時間）

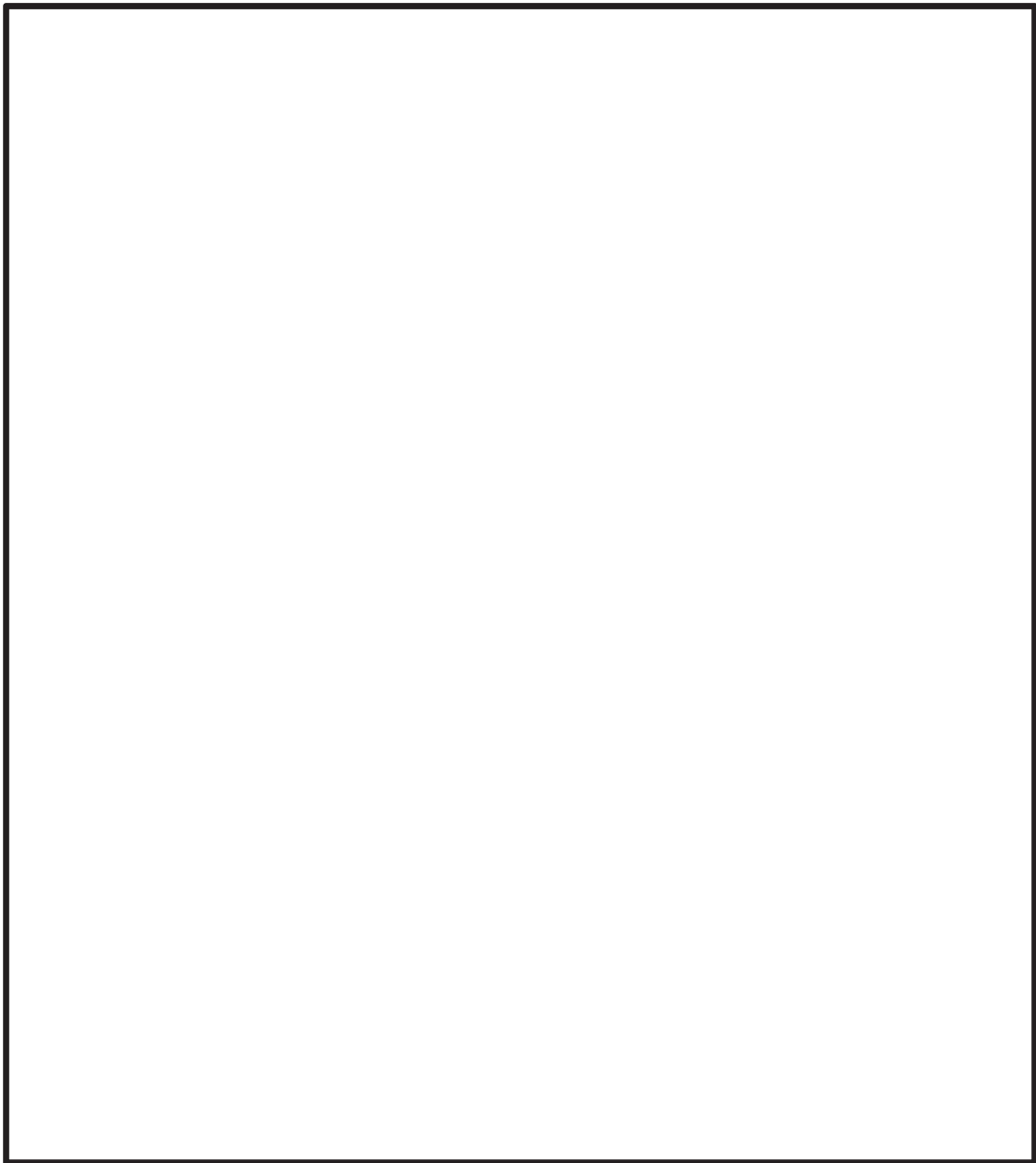


図 9.2-2 原子炉格納容器内原子炉冷却材喪失事故条件

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

(2) 40倍マンドレル耐電圧試験

原子炉冷却材喪失事故模擬試験を実施したケーブルに対して、下記の条件で試験を実施する。

試験条件：試験後の試料を、ケーブル外径の40倍の内径で金属製マンドレルに巻きつけ、室温の水に浸漬させた状態で電圧（例として高圧動力ケーブルの場合 AC 12.6kV/mm）を5分間印加。試験装置の例は図 9.2-3 を参照。

判定基準：絶縁破壊を生じないこと。

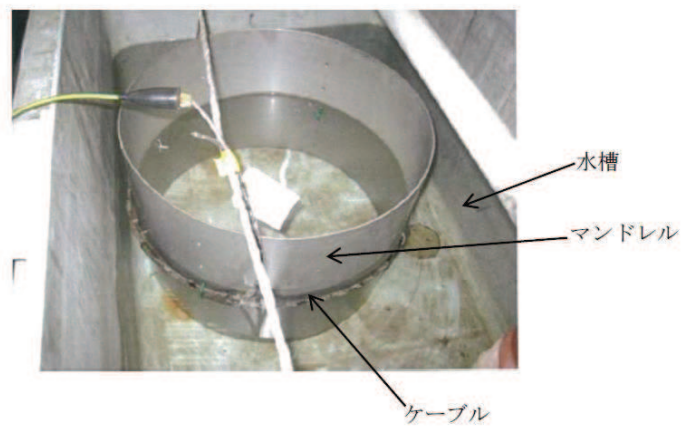
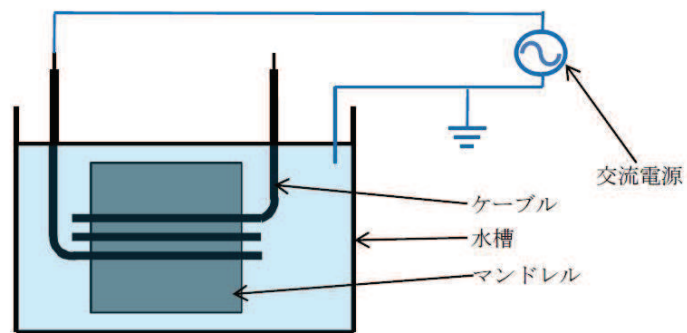


図 9.2-3 マンドレル耐電圧試験装置例

#### 4. ケーブル導入後の定期点検について

前述のとおり，ケーブルはプラント内で想定される経年劣化により，被水による機能影響を受けるような絶縁性能の低下が起こらないことを導入時に確認しているが，導入後も定期点検により異常が生じていないことを確認している。

具体的に，電力用ケーブルは定期的な絶縁抵抗測定により，絶縁抵抗に有意な変動が無いことを確認している。

また，制御・計装用ケーブルについては，定期検査時の点検・検査，運転中の定例試験時等において，系統機器の動作又は計器の指示値等を確認することで，ケーブルの異常が無いことを確認している。

#### 5. まとめ

以上から，運転期間相当（40年）を模擬した劣化に加え，原子炉冷却材喪失事故時を模擬した劣化を与えたケーブルに対しマンドレル耐電圧試験を実施し，浸水時における機械的・電氣的裕度を確認していること，及び導入後においても定期点検により有意な劣化が無いことを確認していることから，ケーブルの被水影響はないと評価する。

### 9.3 没水評価における床勾配について

#### 1. 概要

防護対象設備の設置してある床面は通常傾斜があり、液体の漏えいを床ファンネルや側溝へ導くよう設計されている。この傾斜による基準床面からの高さを水上高さという。防護対象設備の機能喪失高さを設定する際はこの水上高さを考慮し、「設計値」と現場での実測等により確認した「計測値」を比較し、より低い値から最大水上高さを差し引いた値を評価上の機能喪失高さとして設定している。

図 9.3-1 に水上高さを考慮した機能喪失高さ設定の考え方を示す。

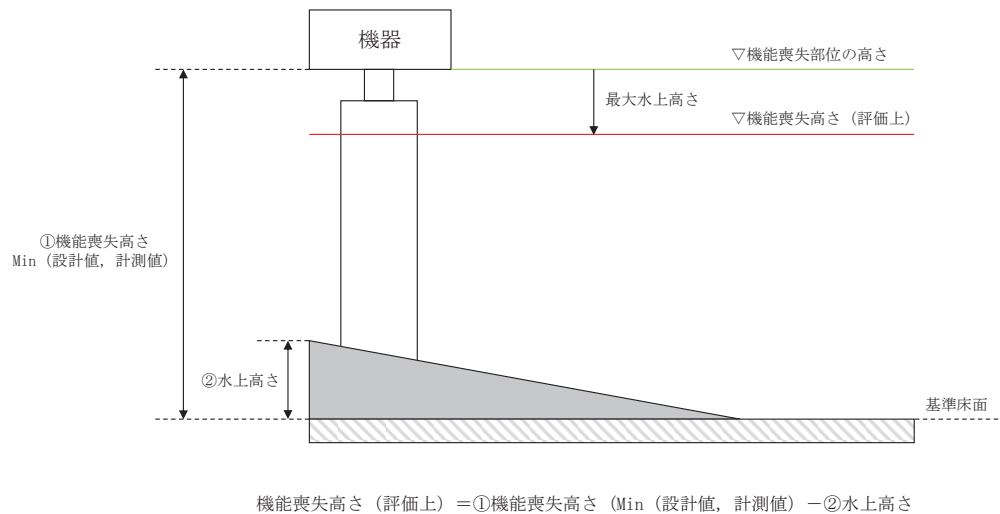


図 9.3-1 水上高さを考慮した機能喪失高さの設定

#### 2. 滞留面積について

各区画の滞留面積は以下の条件に基づき算出している。没水評価を実施する際には、原則として算出した床面積の値に 0.7 倍した値を使用する。基準床面より盛り上がっている部分（機器基礎、床ハッチ、スロープ、サンク周りのカーブ、サポート類等）は 0.7 の係数に含まれるものとする。ただし、床面積に対して機器基礎の占有率が 30%以上となる区画は、占有率に応じた係数を使用する。機器基礎の占有率に応じた係数使用区画について表 9.3-1 に示す。

また、最終的な滞留先となる最地下階の共通エリアや、復水器室等の機器の占有率が大きいエリアについては、詳細に算出した面積を使用する。対象とする区画は表 9.3-2 に示す。

[算出範囲]

- (1) 壁、柱等で囲まれた範囲を単位区画として算出する。(図 9.3-2 参照)
- (2) アクセス開口及び迷路等は床面積から除く。(図 9.3-2 参照)
- (3) サンク等、基準床面より掘り込んでいる部分については、有効な床面積として算出する。(図 9.3-3 参照)

表 9.3-1 機器基礎の占有率に応じた係数使用区画

No.	区画番号	建屋	フロア	床面積 [㎡]	機器基礎 面積 [㎡]	機器基礎 の占有率 [%]	使用 する 係数	エリア名称
1	R-B1F-12	R/B	B1F	102.6	33.5	33.0	0.65	区分Ⅱ非常用MCC室
2	R-1F-15	R/B	1F	200.9	65.2	33.0	0.65	D/G (HPCS) 室
3	R-2F-2-2	R/B	2F	50.4	15.7	32.0	0.65	FCS再結合装置(A)室
4	R-2F-2-3	R/B	2F	50.4	15.7	32.0	0.65	FCS再結合装置(B)室
5	R-2F-2-5	R/B	2F	14.5	5.3	37.0	0.6	CAMSラック(A)室
6	R-2F-2-6	R/B	2F	14.5	5.3	37.0	0.6	CAMSラック(B)室
7	R-2F-13-1	R/B	2F	33.1	11.6	36.0	0.6	D/G(A)非常用送風機室
8	R-2F-17	R/B	2F	27.4	10.2	38.0	0.6	燃料デイトンク(A)室
9	R-2F-18	R/B	2F	32.1	10.2	32.0	0.65	燃料デイトンク(B)室
10	R-2F-19	R/B	2F	27.7	9.1	33.0	0.65	燃料デイトンク(HPCS)室
11	C-B2F-3	C/B	B2F	113.7	57.9	51.0	0.45	DC250Vバッテリー室
12	C-B1F-2	C/B	B1F	44.4	13.7	31.0	0.65	DC125Vバッテリー室(A)
13	C-B1F-4	C/B	B1F	70.3	28.0	40.0	0.55	DC125Vバッテリー室(B)
14	C-B1F-5	C/B	B1F	211.8	62.1	30.0	0.65	計測制御電源室(B)
15	C-B1F-6-1	C/B	B1F	32.5	10.1	32.0	0.65	RSS盤室

表 9.3-2 詳細に面積を算出した区画

No.	区画番号	床面積 [㎡]	機器基礎 面積 [㎡]	埋込金物 面積 [㎡]	合計 面積 [㎡]
1	R-B3F-1	156.7	0.4	1.0	155.3
2	R-B3F-12	70.8	0	0	70.8
3	復水器室*	1621.5	286.0	73.0	1262.5

注記\*：復水器室はT-B2F-1の面積に含め、没水評価で使用している。



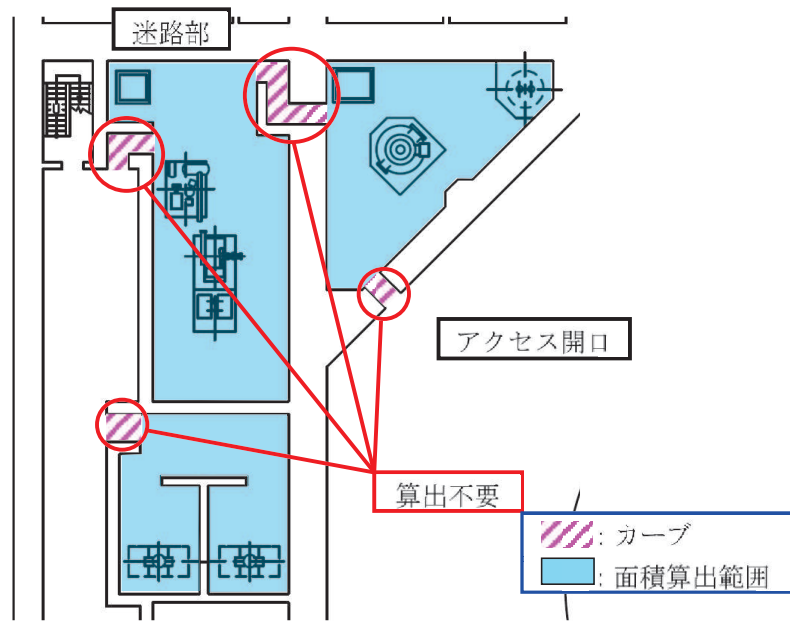


図 9.3-2 面積算出範囲

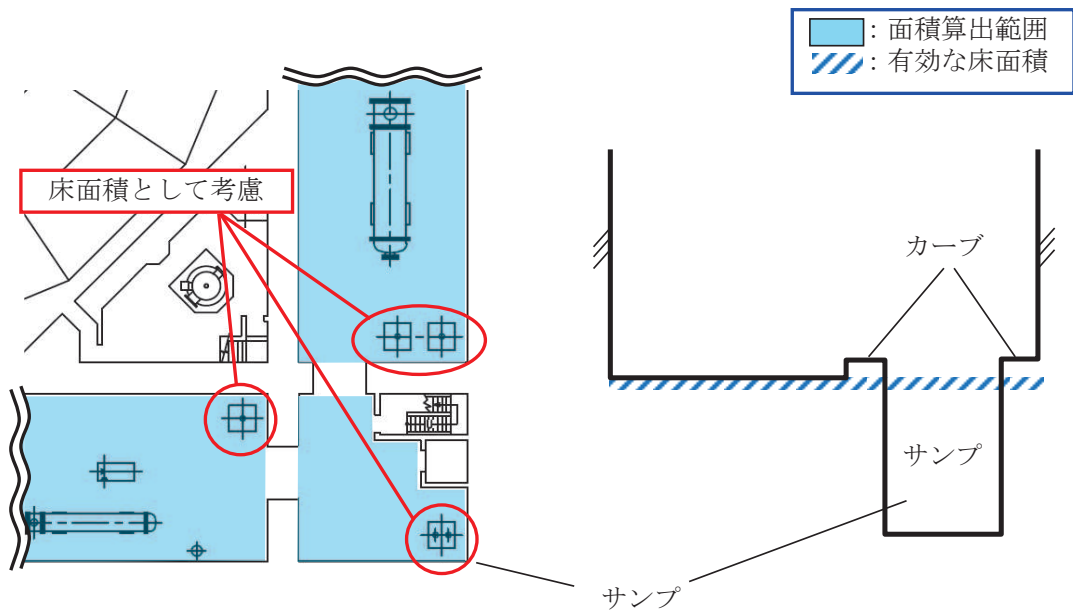


図 9.3-3 掘込部の扱い（例：最地下階サンプ）

## 9.4 貫通部止水処置に関する健全性について

### 1. 貫通部止水処置に関する漏えい試験について

浸水防護施設については、添付書類「VI-1-1-8-5 溢水防護施設の詳細設計」において漏えい試験により止水性を確認した設備を設置する設計としており、その漏えい試験の方法及び結果について説明する。

#### (1) 対象止水構造

対象止水構造を表 9.4-1 に示す。

表 9.4-1 対象止水構造

止水構造	材料	型番
シール材（充填，コーキング）	トスシール	
	シリコンシーラント	
	DF シール	
ブーツ（常温）	クロロプレンゴム	
ブーツ（高温）	シリコンゴム	

#### (2) 試験モデルの考え方

シール材は、必要な水圧に耐えられるように施工しており、それを模擬した試験モデルとする。配管貫通部の試験モデルの例を図 9.4-1 に示す。

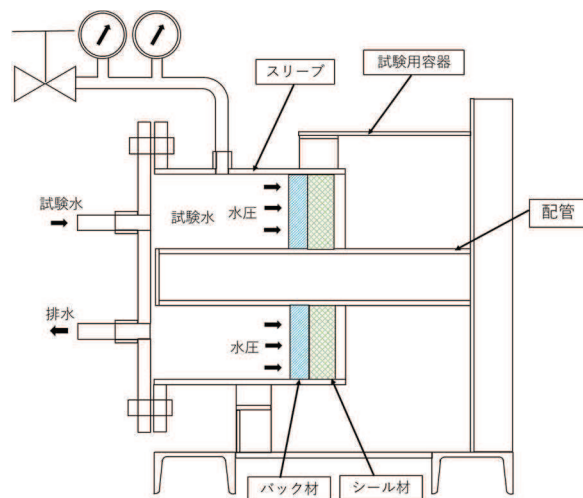


図 9.4-1 配管貫通部の試験モデルの例

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

(3) 試験要領

実機を模擬した試験装置を製作し，試験を実施する。

シール材の許容限界値は，実機で使用している形状，寸法の試験体にて静水圧を付加した水圧試験に基づき算出する。試験の概要を図 9.4-2 に示す。

また，ブーツの許容限界値は，実機で使用している形状，寸法の試験体にて静水圧を付加した水圧試験に基づき算出する。また，実機の施工状況を考慮し，内圧試験及び外圧試験の片ケース又は両ケースを実施する。試験の概要を図 9.4-3 に示す。

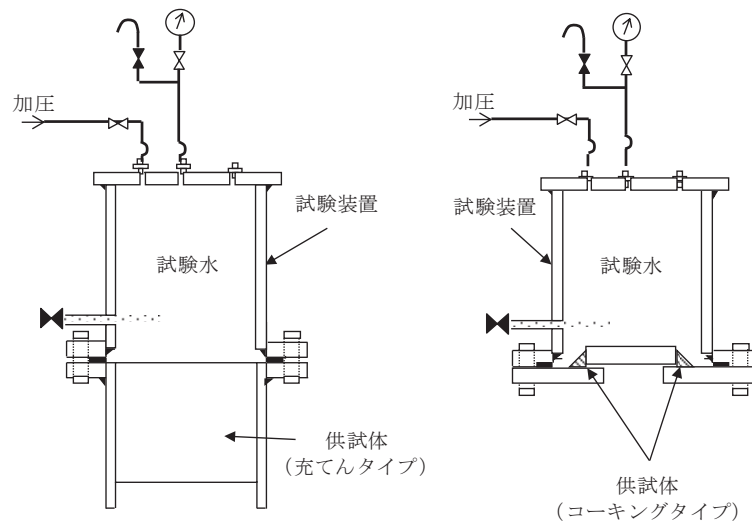


図 9.4-2 シール材の試験装置の概要例

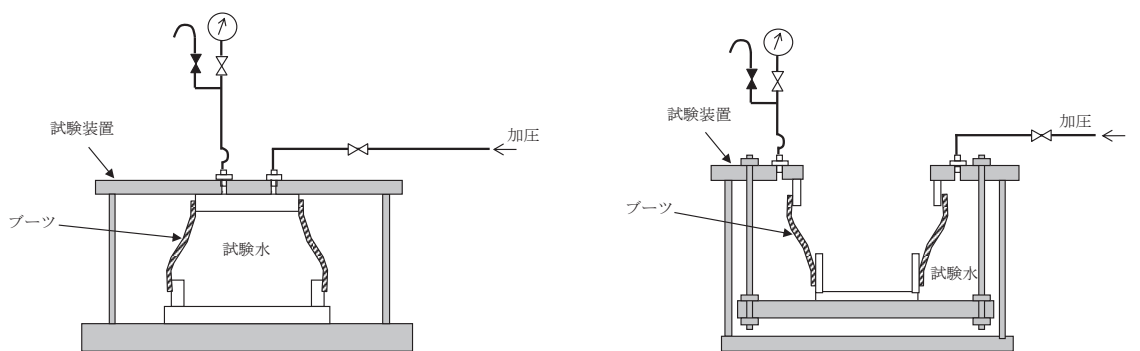


図 9.4-3 ブーツの試験装置の概要例

(4) 試験結果

有意な漏えいなしを確認した主な水圧試験結果を表 9.4-2 に示す。

表 9.4-2 水圧試験結果

止水構造	材料	型番	貫通部の対象	施工条件	試験水圧 [MPa]	漏えい量 [L/日]
シール材 (充填)	トスシール		配管			
	DF シール					
	トスシール		ケーブル トレイ			
	DF シール					
	トスシール		電線管			
	DF シール					
シール材 (コーキ ング)	シリコンシ ーラント		配管			
	トスシール					
ブーツ (常温)	クロロプレ ンゴム		配管			
ブーツ (高温)	シリコンゴ ム					

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

## 2. 貫通部シール材の地震時の健全性について

貫通部シールの地震時の健全性については、貫通する配管の耐震強度上、変位が大きくなるように支持構造物を配置し、地震前後で貫通する配管が過大な移動量とならない設計とする。これにより、地震による貫通部シール材への影響は軽微であり、健全性が損なわれないことを確認する。

また、電線管貫通部については、ケーブルに余長を持たせた施工とし、地震変位が発生しない構造としている。ブーツ構造についても、地震時の変位が大きくなるように支持構造物を配置し、過大な移動量とならない設計とする。

## 3. 火災後の配管貫通部の水密性について

### 3.1 概要

内部溢水評価において、建屋境界貫通部、建屋内貫通部で止水性を期待している箇所は水密化処置を実施している。火災発生時に施工した水密化処置が火災の影響を受けることにより、防護対象設備が消火水の放水による溢水の影響を受けて機能喪失しないことを確認する。

### 3.2 貫通部処置状況及び確認結果

火災および消火水による溢水の影響を受ける貫通部止水処置は、止水性がないものとして溢水伝播させた評価を行っており、火災の影響を受けない施工方法を採用している箇所はない。

### 3.3 モルタルの強度・耐震性について

建屋貫通部の充填構造（モルタル）は隙間が生じにくく、また、モルタルは基本的に建屋壁と同等の強度を有した構造物であり、圧縮強度は高く、かつ付着強度も耐水圧性に対する耐性は十分あると考えられる。また、地震に対しては拘束点となるため、耐震性についても問題ない。

モルタルの強度計算については、添付書類「VI-3-別添 3-4-4 貫通部止水処置の強度計算書（溢水）」に示し、耐震計算書については、添付書類「VI-2-10-2-11-2 貫通部止水処置（内郭防護）の耐震性についての計算書」に示す。

## 4. 貫通部止水処置の実施箇所について

内部溢水影響評価に基づく溢水の伝播を許容しない壁及び床（以下「止水要求壁及び床」という。）を表 9.4-3～表 9.4-7 に示す。本止水要求壁及び床に設置される貫通部については、貫通部止水処置を実施する。

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し 番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設 置面)	貫通物	設置高さ (O. P.)	止水方法
1	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	鉄板+シール材コーキング
2	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	鉄板+シール材コーキング
3	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	ブーツ
4	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
5	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
6	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
7	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
8	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
9	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
10	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
11	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
12	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
13	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	ブーツ
14	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
15	R/B	3F	R-3F-7	床	配管	33200	鉄板+シール材コーキング
16	R/B	3F	R-3F-7	床	配管	33200	鉄板+シール材コーキング
17	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
18	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	ブーツ
19	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
20	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	シール材充填
21	R/B	M3F	-	壁	配管	28191	ブーツ
22	R/B	M3F	-	床	配管	27800	鉄板+シール材コーキング
23	R/B	M3F	-	床	配管	27800	鉄板+シール材コーキング
24	R/B	2F	R-2F-8	壁	配管	24940	シール材充填
25	R/B	2F	-	壁	配管	25849	鉄板+シール材コーキング
26	R/B	2F	-	壁	配管	25499	鉄板+シール材コーキング
27	R/B	2F	-	壁	配管	24197	シール材充填
28	R/B	2F	R-2F-4	壁	配管	25241	シール材充填
29	R/B	2F	R-2F-2-2	壁	配管	24932	シール材充填
30	R/B	2F	R-2F-2-3	壁	配管	24932	シール材充填
31	R/B	2F	R-2F-1-3	壁	配管	25906	ブーツ
32	R/B	2F	R-2F-1-3	壁	配管	26787	シール材充填
33	R/B	2F	R-2F-1-3	壁	配管	26637	シール材充填
34	R/B	2F	R-2F-1-3	壁	配管	25871	ブーツ
35	R/B	2F	R-2F-3	壁	配管	22822	シール材充填
36	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
37	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
38	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
39	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
40	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
41	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
42	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	シール材充填
43	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
44	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
45	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
46	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
47	R/B	2F	R-2F-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
48	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
49	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
50	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
51	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
52	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
53	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
54	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
55	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
56	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
57	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
58	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
59	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
60	R/B	2F	R-2F-3-1	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
61	R/B	2F	R-2F-2-3	床	配管	22500	ブーツ
62	R/B	2F	R-2F-2-3	床	配管	22500	ブーツ
63	R/B	2F	R-2F-2-3	床	配管	22500	ブーツ
64	R/B	2F	R-2F-2-3	床	配管	22500	ブーツ
65	R/B	2F	R-2F-2-2	床	配管	22500	ブーツ
66	R/B	2F	R-2F-2-3	床	配管	22500	ブーツ
67	R/B	2F	R-2F-2-2	床	配管	22500	ブーツ
68	R/B	2F	R-2F-2-2	床	配管	22500	ブーツ
69	R/B	2F	R-2F-3-1	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
70	R/B	2F	R-2F-2-2	床	配管	22500	ブーツ
71	R/B	2F	R-2F-3-1	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
72	R/B	2F	R-2F-3-1	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
73	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	シール材充填
74	R/B	2F	R-2F-2-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
75	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
76	R/B	2F	R-2F-2-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
77	R/B	2F	R-2F-2-2	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
78	R/B	2F	R-2F-1-3	床	配管	22500	ブーツ
79	R/B	2F	R-2F-1-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
80	R/B	2F	R-2F-1-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
81	R/B	2F	R-2F-1-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
82	R/B	2F	R-2F-1-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
83	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
84	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
85	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
86	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
87	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	鉄板+シール材コーキング
88	R/B	2F	R-2F-5	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
89	R/B	2F	R-2F-5	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
90	R/B	2F	R-2F-6	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
91	R/B	2F	R-2F-6	床	配管	24800	シール材充填
92	R/B	2F	R-2F-5	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
93	R/B	2F	R-2F-5	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
94	R/B	2F	R-2F-5	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
95	R/B	2F	R-2F-4	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
96	R/B	2F	R-2F-5	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
97	R/B	2F	R-2F-8	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
98	R/B	2F	R-2F-8	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
99	R/B	2F	R-2F-8	床	配管	24800	ブーツ
100	R/B	2F	R-2F-8	床	配管	24800	ブーツ
101	R/B	2F	R-2F-8	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
102	R/B	2F	R-2F-8	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
103	R/B	2F	R-2F-16-1	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
104	R/B	2F	R-2F-16-1	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
105	R/B	2F	-	床	配管	23600	シール材充填
106	R/B	2F	-	床	配管	23600	シール材充填

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
107	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
108	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
109	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
110	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
111	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
112	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
113	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
114	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
115	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
116	R/B	2F	-	床	配管	23600	ブーツ
117	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
118	R/B	2F	-	床	配管	23600	鉄板+シール材コーキング
119	R/B	2F	R-2F-12-1	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
120	R/B	2F	R-2F-12-1	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
121	R/B	2F	R-2F-12-1	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
122	R/B	2F	R-2F-12-1	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
123	R/B	2F	R-2F-12-1	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
124	R/B	2F	R-2F-12-1	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
125	R/B	2F	R-2F-4	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
126	R/B	2F	R-2F-4	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
127	R/B	2F	R-2F-4	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
128	R/B	1F	-	壁	配管	15391	ブーツ
129	R/B	1F	-	壁	配管	15391	ブーツ
130	R/B	1F	R-1F-13	壁	配管	17417	シール材充填
131	R/B	1F	R-1F-16-1	壁	配管	17717	シール材充填
132	R/B	M2F	-	壁	配管	19257	シール材充填
133	R/B	1F	R-1F-3	壁	配管	18632	シール材充填
134	R/B	1F	R-1F-3	壁	配管	18632	シール材充填
135	R/B	1F	R-1F-3	壁	配管	18967	ブーツ
136	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
137	R/B	1F	R-1F-4	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
138	R/B	1F	R-1F-4	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
139	R/B	1F	R-1F-4	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
140	R/B	1F	R-1F-4	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
141	R/B	1F	R-1F-7	床	配管	15000	ブーツ
142	R/B	1F	R-1F-7	床	配管	15000	ブーツ
143	R/B	1F	R-1F-7	床	配管	15000	ブーツ
144	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
145	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
146	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	シール材充填
147	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
148	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
149	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
150	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
151	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
152	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
153	R/B	1F	R-1F-7	床	配管	15000	ブーツ
154	R/B	1F	R-1F-7	床	配管	15000	ブーツ
155	R/B	1F	R-1F-7	床	配管	15000	ブーツ
156	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
157	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
158	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
159	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング



表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
160	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
161	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
162	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
163	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
164	R/B	1F	R-1F-11	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
165	R/B	1F	R-1F-11	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
166	R/B	1F	R-1F-11	床	配管	15000	ブーツ
167	R/B	1F	R-1F-11	床	配管	15000	ブーツ
168	R/B	1F	R-1F-11	床	配管	15000	ブーツ
169	R/B	1F	R-1F-11	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
170	R/B	1F	R-1F-11	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
171	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	シール材充填
172	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
173	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	ブーツ
174	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
175	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
176	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
177	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
178	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	ブーツ
179	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	ブーツ
180	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
181	R/B	1F	R-1F-1	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
182	R/B	1F	R-1F-1	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
183	R/B	1F	R-1F-1	床	配管	15000	ブーツ
184	R/B	1F	R-1F-1	床	配管	15000	ブーツ
185	R/B	1F	R-1F-1	床	配管	15000	ブーツ
186	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
187	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
188	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
189	R/B	1F	R-1F-9	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
190	R/B	1F	R-1F-9	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
191	R/B	1F	RW-1F-1	床	配管	15000	ブーツ
192	R/B	1F	RW-1F-1	床	配管	15000	ブーツ
193	R/B	1F	R-1F-17	床	配管	15000	ブーツ
194	R/B	1F	R-1F-12	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
195	R/B	1F	R-1F-12	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
196	R/B	1F	R-1F-17	床	配管	15000	ブーツ
197	R/B	1F	R-1F-17	床	配管	15000	ブーツ
198	R/B	1F	R-1F-17	床	配管	15000	ブーツ
199	R/B	1F	R-1F-17	床	配管	15000	ブーツ
200	R/B	1F	R-1F-17	床	配管	15000	ブーツ
201	R/B	1F	R-1F-17	床	配管	15000	ブーツ
202	R/B	1F	R-1F-17	壁	配管	16867	シール材充填
203	R/B	1F	R-1F-17	壁	配管	16567	シール材充填
204	R/B	1F	R-1F-17	壁	配管	16716	ブーツ
205	R/B	1F	R-1F-17	壁	配管	16317	シール材充填
206	R/B	B1F	-	壁	配管	9370	シール材充填
207	R/B	B1F	-	壁	配管	9370	シール材充填
208	R/B	MB1F	-	壁	配管	13017	シール材充填
209	R/B	MB1F	-	壁	配管	12717	シール材充填
210	R/B	MB1F	-	壁	配管	13617	シール材充填
211	R/B	B1F	-	壁	配管	11017	シール材充填
212	R/B	MB1F	-	壁	配管	13617	シール材充填

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
213	R/B	B1F	-	壁	配管	11017	シール材充填
214	R/B	B1F	-	壁	配管	13017	シール材充填
215	R/B	B1F	-	壁	配管	13017	シール材充填
216	R/B	B1F	R-B1F-10	壁	配管	6422	シール材充填
217	R/B	B1F	R-B1F-3	壁	配管	6120	ブーツ
218	R/B	MB1F	R-MB1F-1	壁	配管	12821	シール材充填
219	R/B	MB1F	R-MB1F-1	壁	配管	12821	シール材充填
220	R/B	B1F	R-MB1F-3	壁	配管	11707	ブーツ
221	R/B	MB1F	R-MB1F-1	壁	配管	11677	ブーツ
222	R/B	MB1F	R-MB1F-1	壁	配管	12120	シール材充填
223	R/B	MB1F	R-MB1F-1	壁	配管	12120	シール材充填
224	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
225	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
226	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
227	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
228	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	ブーツ
229	R/B	B1F	R-B1F-2	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
230	R/B	B1F	R-B1F-2	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
231	R/B	B1F	R-B1F-2	床	配管	6000	ブーツ
232	R/B	B1F	R-B1F-2	床	配管	6000	ブーツ
233	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
234	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
235	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	シール材充填
236	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	シール材充填
237	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
238	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	シール材充填
239	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
240	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	シール材充填
241	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
242	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	シール材充填
243	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
244	R/B	B1F	R-B1F-2	床	配管	6000	ブーツ
245	R/B	B1F	R-B1F-2	床	配管	6000	ブーツ
246	R/B	B1F	R-B1F-2	床	配管	6000	ブーツ
247	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
248	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
249	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	配管	6000	ブーツ
250	R/B	B1F	R-B1F-14	床	配管	6000	ブーツ
251	R/B	B1F	R-B1F-14	床	配管	6000	ブーツ
252	R/B	B1F	R-B1F-14	床	配管	6000	ブーツ
253	R/B	B1F	R-B1F-14	床	配管	6000	ブーツ
254	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	配管	6000	ブーツ
255	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
256	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
257	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
258	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
259	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
260	R/B	B1F	R-B1F-13	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
261	R/B	B1F	R-B1F-13	床	配管	6000	ブーツ
262	R/B	B1F	R-B1F-13	床	配管	6000	ブーツ
263	R/B	B1F	R-B1F-13	床	配管	6000	ブーツ
264	R/B	B1F	R-B1F-13	床	配管	6000	ブーツ
265	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
266	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
267	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	配管	6000	ブーツ
268	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
269	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	配管	6000	ブーツ
270	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	配管	6000	ブーツ
271	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	シール材充填
272	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
273	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
274	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
275	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
276	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	シール材充填
277	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	シール材充填
278	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	ブーツ
279	R/B	B1F	R-B1F-3	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
280	R/B	B1F	R-B1F-3	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
281	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
282	R/B	B1F	R-B1F-3	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
283	R/B	B1F	R-B1F-3	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
284	R/B	B1F	R-B1F-3	床	配管	6000	ブーツ
285	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
286	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
287	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	ブーツ
288	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	ブーツ
289	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	ブーツ
290	R/B	B1F	R-B1F-5	床	配管	6000	鉄板+シール材コーキング
291	R/B	B2F	-	壁	配管	1591	ブーツ
292	R/B	B2F	-	壁	配管	1617	シール材充填
293	R/B	MB2F	-	壁	配管	3342	シール材充填
294	R/B	MB2F	-	壁	配管	3740	シール材充填
295	R/B	MB2F	-	壁	配管	3240	シール材充填
296	R/B	MB2F	-	壁	配管	2856	ブーツ
297	R/B	B2F	-	壁	配管	1566	ブーツ
298	R/B	B2F	-	壁	配管	3422	ブーツ
299	R/B	B2F	-	壁	配管	3466	ブーツ
300	R/B	MB2F	-	壁	配管	4551	ブーツ
301	R/B	MB2F	-	壁	配管	3817	シール材充填
302	R/B	MB2F	-	壁	配管	3791	シール材充填
303	R/B	MB2F	-	壁	配管	3722	シール材充填
304	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
305	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	ブーツ
306	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	ブーツ
307	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
308	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
309	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
310	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
311	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	ブーツ
312	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
313	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
314	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
315	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
316	R/B	B2F	R-B2F-9	床	配管	-800	シール材充填
317	R/B	B2F	R-B2F-9	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
318	R/B	B2F	R-B2F-9	床	配管	-800	シール材充填

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
319	R/B	B2F	R-B2F-9	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
320	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
321	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
322	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
323	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
324	R/B	B2F	R-B2F-9	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
325	R/B	B2F	R-B2F-5	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
326	R/B	B2F	R-B2F-5	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
327	R/B	B2F	R-B2F-5	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
328	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	ブーツ
329	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
330	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
331	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	鉄板+シール材コーキング
332	R/B	B2F	R-B2F-6-1	床	配管	-800	ブーツ
333	R/B	MB2F	-	壁	配管	9717	ブーツ
334	R/B	MB2F	-	壁	配管	9717	シール材充填
335	R/B	MB2F	-	壁	配管	8216	シール材充填
336	R/B	MB2F	-	壁	配管	7791	シール材充填
337	R/B	MB2F	-	壁	配管	7791	シール材充填
338	R/B	MB2F	-	壁	配管	9017	シール材充填
339	R/B	MB2F	-	壁	配管	7791	シール材充填
340	R/B	MB2F	-	壁	配管	7791	シール材充填
341	R/B	MB2F	-	壁	配管	4541	ブーツ
342	R/B	MB2F	-	壁	配管	4702	ブーツ
343	R/B	MB2F	-	壁	配管	3791	ブーツ
344	R/B	MB2F	-	壁	配管	4840	ブーツ
345	R/B	MB2F	-	壁	配管	4240	ブーツ
346	R/B	MB3F	-	壁	配管	-4233	シール材充填
347	R/B	MB3F	-	壁	配管	-3059	シール材充填
348	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-4483	シール材充填
349	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-4483	鉄板+シール材コーキング
350	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-4783	鉄板+シール材コーキング
351	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-4783	鉄板+シール材コーキング
352	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-7614	鉄板+シール材コーキング
353	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-7614	鉄板+シール材コーキング
354	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-5359	シール材充填
355	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-5359	鉄板+シール材コーキング
356	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-3625	ブーツ
357	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-2528	ブーツ
358	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4278	シール材充填
359	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4395	ブーツ
360	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-7481	ブーツ
361	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4893	シール材充填
362	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-5809	シール材充填
363	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-7381	ブーツ
364	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-5854	シール材充填
365	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-7481	ブーツ
366	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-5849	シール材充填
367	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-7481	ブーツ
368	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4405	ブーツ
369	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4278	シール材充填
370	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-7481	ブーツ
371	R/B	B3F	-	壁	配管	512	シール材充填+押さえ板

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
372	R/B	B3F	-	壁	配管	12	シール材充填+押さえ板
373	R/B	B3F	-	壁	配管	1012	シール材充填+押さえ板
374	R/B	B3F	-	壁	配管	-1359	シール材充填+押さえ板
375	R/B	B3F	-	壁	配管	-1033	シール材充填+押さえ板
376	R/B	B3F	-	壁	貫通物無し(予備)	-6083	鉄板
377	R/B	B3F	-	壁	貫通物無し(予備)	-6383	鉄板
378	R/B	B3F	-	壁	貫通物無し(予備)	-6683	鉄板
379	R/B	B3F	-	壁	配管	-4433	シール材充填+押さえ板
380	R/B	B3F	-	壁	配管	-4683	シール材充填+押さえ板
381	R/B	B3F	-	壁	配管	-2533	シール材充填+押さえ板
382	R/B	B3F	-	壁	貫通物無し(予備)	-5983	鉄板
383	R/B	B3F	-	壁	貫通物無し(予備)	-6883	鉄板
384	R/B	B3F	-	壁	貫通物無し(予備)	-5983	鉄板
385	R/B	B3F	R-B2F-1	壁	配管	-529	ブーツ
386	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	配管	-3925	ブーツ
387	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	貫通物無し(予備)	-6083	鉄板
388	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	貫通物無し(予備)	-6383	鉄板
389	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	貫通物無し(予備)	-6683	鉄板
390	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	配管	-6383	シール材充填
391	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	配管	-3479	シール材充填
392	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4181	シール材充填
393	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-5181	シール材充填
394	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4139	シール材充填
395	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-5130	シール材充填
396	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-5528	シール材充填
397	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4278	シール材充填
398	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4380	シール材充填
399	R/B	B3F	R-B3F-12	壁	配管	-4114	シール材充填
400	R/B	B3F	R-B3F-12	壁	配管	-4109	シール材充填
401	R/B	B3F	R-B3F-12	壁	貫通物無し(予備)	-5783	鉄板
402	R/B	B3F	R-B3F-12	壁	貫通物無し(予備)	-6083	鉄板
403	R/B	B3F	R-B3F-12	壁	配管	-5683	シール材充填
404	R/B	B3F	R-B3F-12	壁	配管	-5683	シール材充填
405	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	配管	-4114	シール材充填
406	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	配管	-5709	シール材充填
407	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	配管	-2578	シール材充填
408	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	配管	-2578	シール材充填
409	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	貫通物無し(予備)	-6683	鉄板
410	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	貫通物無し(予備)	-6683	鉄板
411	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	貫通物無し(予備)	-6683	鉄板
412	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4380	シール材充填
413	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4278	シール材充填
414	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4204	シール材充填
415	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-5130	シール材充填
416	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-6228	シール材充填
417	R/B	B3F	R-B3F-6	壁	貫通物無し(予備)	-6209	鉄板
418	R/B	B3F	R-B3F-6	壁	配管	-5683	シール材充填
419	R/B	B3F	R-B3F-6	壁	配管	-4181	シール材充填
420	R/B	B3F	R-B3F-6	壁	配管	-5181	シール材充填
421	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-3479	シール材充填
422	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-5098	シール材充填
423	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-5083	シール材充填
424	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-3909	シール材充填

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
425	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-4183	シール材充填
426	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	配管	-6309	シール材充填
427	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	配管	-4683	シール材充填
428	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-5359	シール材充填
429	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-4660	シール材充填
430	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-5160	シール材充填
431	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-5108	シール材充填
432	R/B	B3F	-	壁	配管	1590	ブーツ
433	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-6600	モルタル
434	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	配管	-6600	モルタル
435	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-6650	モルタル
436	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	配管	-6650	モルタル
437	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-7385	モルタル
438	R/B	B3F	R-B3F-8	壁	配管	-7385	モルタル
439	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	配管	-6070	モルタル
440	R/B	B3F	R-B3F-8	壁	配管	-6070	モルタル
441	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-5715	モルタル
442	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	配管	-5715	モルタル
443	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-5900	モルタル
444	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	配管	-5900	モルタル
445	R/B	B3F	R-B3F-3	壁	配管	-4350	モルタル
446	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-4350	モルタル
447	R/B	B3F	R-B3F-3	壁	配管	-6800	モルタル
448	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	配管	-6800	モルタル
449	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	モルタル
450	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	モルタル
451	R/B	B2F	R-B2F-4	床	配管	-800	モルタル
452	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	モルタル
453	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	モルタル
454	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	モルタル
455	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
456	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
457	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
458	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
459	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
460	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
461	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
462	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
463	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
464	R/B	MB1F	R-MB1F-3	床	配管	11500	モルタル
465	R/B	MB1F	R-MB1F-3	床	配管	11500	モルタル
466	R/B	MB1F	R-MB1F-3	床	配管	11500	モルタル
467	R/B	B1F	R-B1F-13	壁	配管	8500	モルタル
468	R/B	B1F	R-B1F-3-1	壁	配管	8500	モルタル
469	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
470	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
471	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
472	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
473	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	配管	12370	モルタル
474	R/B	MB1F	R-MB1F-1	壁	配管	12370	モルタル
475	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	配管	11500	モルタル
476	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	配管	11500	モルタル
477	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	配管	11500	モルタル

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
478	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	配管	12500	モルタル
479	R/B	MB1F	R-MB1F-3	壁	配管	12500	モルタル
480	R/B	1F	R-1F-3	床	配管	15000	モルタル
481	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	モルタル
482	R/B	1F	R-1F-7-1	床	配管	15000	モルタル
483	R/B	1F	R-1F-9	床	配管	15000	モルタル
484	R/B	2F	R-2F-2-4	床	配管	22500	モルタル
485	R/B	2F	R-2F-2-6	床	配管	22500	モルタル
486	R/B	2F	R-2F-2-5	床	配管	22500	モルタル
487	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	モルタル
488	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	モルタル
489	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	配管	6000	モルタル
490	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	配管	6000	モルタル
491	R/B	B1F	R-B1F-3-2	壁	配管	9350	モルタル
492	R/B	B1F	R-B1F-3-1	壁	配管	9350	モルタル
493	R/B	2F	R-2F-2-5	床	配管	22500	モルタル
494	R/B	2F	R-2F-2-6	床	配管	22500	モルタル
495	R/B	2F	R-2F-2-4	床	配管	22500	モルタル
496	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	モルタル
497	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-5408	鉄板+シール材コーキング
498	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	配管	-5678	シール材充填
499	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	配管	-5678	シール材充填
500	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	配管	-3078	シール材充填
501	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	配管	-5408	シール材充填
502	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	配管	-4910	鉄板+シール材コーキング
503	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	配管	-6120	鉄板+シール材コーキング
504	R/B	B2F	R-B2F-9	床	配管	-800	モルタル
505	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	モルタル
506	R/B	B2F	R-B2F-1	床	配管	-800	モルタル
507	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
508	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
509	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
510	R/B	B1F	R-B1F-1	床	配管	6000	モルタル
511	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	モルタル
512	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	モルタル
513	R/B	1F	R-1F-17	床	配管	15000	シール材充填
514	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	モルタル
515	R/B	1F	R-1F-5	床	配管	15000	モルタル
516	R/B	1F	R-1F-13-1	壁	配管	17375	シール材充填
517	R/B	1F	R-1F-17	壁	配管	16225	シール材充填
518	R/B	2F	R-2F-1-3	床	配管	22500	シール材充填
519	R/B	2F	R-2F-8	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
520	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	モルタル
521	R/B	2F	R-2F-8	床	配管	24800	鉄板+シール材コーキング
522	R/B	2F	R-2F-3	床	配管	22500	モルタル
523	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	配管	25610	鉄板+シール材コーキング
524	R/B	3F	R-3F-1	床	配管	33200	モルタル
525	T/B	1F	-	壁	配管	15366	ブーツ
526	T/B	1F	-	壁	配管	15366	ブーツ
527	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
528	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
529	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
530	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
531	T/B	1F	-	床	配管	15000	ブーツ
532	T/B	1F	-	床	配管	15000	ブーツ
533	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
534	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
535	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
536	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
537	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
538	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
539	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
540	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
541	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
542	T/B	B1F	-	壁	配管	12462	ブーツ
543	T/B	B1F	-	壁	配管	12462	ブーツ
544	T/B	B1F	-	壁	配管	12437	ブーツ
545	T/B	B1F	-	壁	配管	12462	ブーツ
546	T/B	B1F	-	壁	配管	12462	ブーツ
547	T/B	B1F	-	壁	配管	12360	ブーツ
548	T/B	B1F	-	壁	配管	10391	ブーツ
549	T/B	B1F	-	壁	配管	13306	ブーツ
550	T/B	B1F	-	壁	配管	13306	ブーツ
551	T/B	B1F	-	床	配管	7600	ブーツ
552	T/B	B2F	-	壁	配管	1917	シール材充填
553	T/B	B2F	-	壁	配管	5822	ブーツ
554	T/B	B2F	-	壁	配管	5822	ブーツ
555	T/B	B2F	-	壁	配管	5341	ブーツ
556	T/B	B2F	-	壁	配管	4590	ブーツ
557	T/B	B2F	-	壁	配管	5240	ブーツ
558	T/B	B2F	-	壁	配管	4502	ブーツ
559	T/B	B2F	-	壁	配管	3840	ブーツ
560	T/B	B2F	-	壁	配管	6291	ブーツ
561	T/B	B2F	-	壁	配管	5740	ブーツ
562	T/B	B2F	-	壁	配管	6240	ブーツ
563	T/B	B2F	-	壁	配管	2941	ブーツ
564	T/B	B2F	-	壁	配管	2391	ブーツ
565	T/B	B2F	-	壁	配管	1142	ブーツ
566	T/B	B2F	-	壁	配管	195	ブーツ
567	T/B	B2F	-	壁	配管	2941	ブーツ
568	T/B	B2F	-	壁	配管	2391	ブーツ
569	T/B	B2F	-	壁	配管	2345	ブーツ
570	T/B	B2F	-	壁	配管	1142	ブーツ
571	T/B	B2F	-	壁	配管	3041	ブーツ
572	T/B	B2F	-	壁	配管	3422	ブーツ
573	T/B	B2F	-	壁	配管	2241	ブーツ
574	T/B	B2F	-	壁	配管	1891	ブーツ
575	T/B	B2F	-	壁	配管	2566	ブーツ
576	T/B	B2F	-	壁	配管	1866	ブーツ
577	T/B	B2F	-	壁	配管	3422	ブーツ
578	T/B	B2F	-	壁	配管	3466	ブーツ
579	T/B	B2F	-	壁	配管	2740	ブーツ
580	T/B	B2F	-	壁	配管	3422	ブーツ
581	T/B	B2F	-	壁	配管	1391	シール材充填
582	T/B	B2F	-	壁	配管	1460	シール材充填
583	T/B	B2F	-	壁	配管	2917	シール材充填



表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
584	T/B	B2F	-	壁	配管	3191	シール材充填
585	T/B	B2F	-	壁	配管	3142	シール材充填
586	T/B	B2F	-	壁	配管	2917	シール材充填
587	T/B	B2F	-	壁	配管	2691	シール材充填
588	T/B	B2F	-	壁	配管	3737	シール材充填
589	T/B	B2F	-	壁	配管	2692	シール材充填
590	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
591	T/B	1F	-	床	配管	15000	シール材充填
592	C/B	1F	-	壁	配管	17256	ブーツ
593	C/B	1F	-	壁	配管	17872	ブーツ
594	C/B	1F	-	壁	配管	17272	ブーツ
595	C/B	1F	-	壁	配管	17392	ブーツ
596	C/B	1F	C-1F-1	壁	配管	16541	ブーツ
597	C/B	1F	C-1F-1	壁	配管	16191	ブーツ
598	C/B	1F	C-1F-1	壁	配管	15867	鉄板+シール材コーキング
599	C/B	1F	C-1F-3	床	配管	15000	シール材充填
600	C/B	1F	C-1F-3	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
601	C/B	1F	C-1F-3	床	配管	15000	ブーツ
602	C/B	1F	C-1F-3	床	配管	15000	ブーツ
603	C/B	1F	C-1F-3	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
604	C/B	1F	C-1F-3	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
605	C/B	1F	C-1F-2	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
606	C/B	B1F	C-B1F-1	床	配管	8000	鉄板+シール材コーキング
607	C/B	B1F	C-B1F-8	床	配管	8000	鉄板+シール材コーキング
608	C/B	B1F	C-B1F-8	床	配管	8000	ブーツ
609	C/B	B1F	C-B1F-8	床	配管	8000	ブーツ
610	C/B	B1F	C-B1F-8	床	配管	8000	鉄板+シール材コーキング
611	C/B	B1F	C-B1F-8	床	配管	8000	鉄板+シール材コーキング
612	C/B	B2F	-	壁	配管	4921	シール材充填+押さえ板
613	C/B	B2F	-	壁	配管	3321	シール材充填+押さえ板
614	C/B	B2F	-	壁	配管	4591	シール材充填+押さえ板
615	C/B	B2F	-	壁	配管	5696	シール材充填+押さえ板
616	C/B	B2F	-	壁	配管	5696	シール材充填+押さえ板
617	C/B	3F	C-B1F-1	床	配管	8000	モルタル
618	C/B	1F	C-1F-2	床	配管	15000	鉄板+シール材コーキング
619	C/B	1F	C-1F-3	床	配管	15000	モルタル
620	C/B	1F	C-1F-2	床	配管	15000	モルタル
621	C/B	1F	C-1F-2	床	配管	15000	モルタル
622	C/B	1F	C-1F-2	床	配管	15000	モルタル
623	C/B	1F	-	壁	配管	18205	ブーツ
624	C/B	1F	-	壁	配管	18265	ブーツ
625	C/B	1F	-	壁	配管	18265	ブーツ
626	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	12067	シール材充填
627	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	11767	シール材充填
628	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	12067	シール材充填
629	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	11767	シール材充填
630	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	12067	シール材充填

表 9.4-3 貫通部止水処置リスト (配管)

通し 番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設 置面)	貫通物	設置高さ (O.P.)	止水方法
631	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	11767	シール材充填
632	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	11767	シール材充填
633	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	11767	シール材充填
634	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	12067	シール材充填
635	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	12592	シール材充填
636	YARD	軽油タンク エリア	-	壁	配管	12592	シール材充填
637	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-3	壁	配管	3592	ブーツ
638	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-3	壁	配管	7022	シール材充填
639	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-3	壁	配管	4840	シール材充填
640	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-3	壁	配管	5395	シール材充填
641	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-3	壁	配管	4840	シール材充填
642	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-4	壁	配管	6667	シール材充填
643	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-4	壁	配管	6667	シール材充填
644	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-5	壁	配管	6667	シール材充填
645	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-5	壁	配管	9117	ブーツ
646	YARD	海水ポンプ室	SW-1F-5	壁	配管	8717	ブーツ

注記\* : 「-」については、屋外やトレンチ等の区画を示す。

表 9.4-4 貫通部止水処置リスト (ダクト)

通し 番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設 置面)	貫通物	設置高さ (O.P.)	止水方法
1	YARD	軽油タンク エリア	-	床	ダクト	14800	シール材充填
2	YARD	軽油タンク エリア	-	床	ダクト	14800	シール材充填
3	YARD	軽油タンク エリア	-	床	ダクト	14800	シール材充填
4	YARD	軽油タンク エリア	-	床	ダクト	14800	シール材充填

注記\* : 「 - 」については、屋外やトレンチ等の区画を示す。

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し 番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設 置面)	貫通物	設置高さ (O. P.)	止水方法
1	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33230	シール材充填
2	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33230	シール材充填
3	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33230	シール材充填
4	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33230	シール材充填
5	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33230	シール材充填
6	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
7	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
8	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
9	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
10	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
11	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
12	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
13	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
14	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
15	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
16	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
17	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
18	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
19	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
20	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
21	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
22	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
23	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
24	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
25	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
26	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
27	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
28	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
29	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
30	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
31	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
32	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
33	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33225	シール材充填
34	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33200	シール材充填
35	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33200	シール材充填
36	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33200	シール材充填
37	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33200	シール材充填
38	R/B	3F	R-3F-7	床	電線管	33200	シール材充填
39	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
40	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
41	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
42	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
43	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
44	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
45	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
46	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
47	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
48	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
49	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
50	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
51	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
52	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
53	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
54	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
55	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
56	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
57	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
58	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
59	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
60	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
61	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
62	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
63	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
64	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
65	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
66	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
67	R/B	3F	R-3F-3-2	床	電線管	33200	シール材充填
68	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
69	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
70	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
71	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
72	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
73	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
74	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
75	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
76	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
77	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
78	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
79	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
80	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
81	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
82	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
83	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
84	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
85	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
86	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
87	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
88	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
89	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
90	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
91	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
92	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
93	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
94	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
95	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
96	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
97	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
98	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	33200	シール材充填
99	R/B	3F	R-3F-1	壁	電線管	250	シール材充填
100	R/B	3F	R-3F-3-1	壁	電線管	0	シール材充填
101	R/B	3F	R-3F-1	壁	電線管	0	シール材充填
102	R/B	3F	R-3F-1	床	電線管	34205	シール材充填
103	R/B	M3F	-	床	電線管	27800	シール材充填
104	R/B	M3F	-	床	電線管	27800	シール材充填
105	R/B	M3F	RW-M3F-2	壁	電線管	390	シール材充填
106	R/B	M3F	-	壁	電線管	290	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
107	R/B	M3F	-	壁	電線管	290	シール材充填
108	R/B	M3F	-	壁	電線管	290	シール材充填
109	R/B	M3F	-	壁	電線管	290	シール材充填
110	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
111	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
112	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
113	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
114	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
115	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
116	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
117	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
118	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
119	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
120	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
121	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
122	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
123	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
124	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
125	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
126	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
127	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
128	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
129	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
130	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
131	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
132	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
133	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
134	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
135	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
136	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
137	R/B	2F	R-2F-5	床	電線管	24800	シール材充填
138	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
139	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
140	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
141	R/B	2F	R-2F-5	床	電線管	24800	シール材充填
142	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
143	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
144	R/B	2F	R-2F-5	床	電線管	24800	シール材充填
145	R/B	2F	R-2F-5	床	電線管	24800	シール材充填
146	R/B	2F	R-2F-12-1	床	電線管	24800	シール材充填
147	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
148	R/B	2F	R-2F-4	床	電線管	24800	シール材充填
149	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
150	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
151	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
152	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
153	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
154	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
155	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
156	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
157	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
158	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
159	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
160	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
161	R/B	2F	R-2F-8	床	電線管	24800	シール材充填
162	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
163	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
164	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
165	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
166	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
167	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
168	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
169	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
170	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
171	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
172	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
173	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
174	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
175	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
176	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
177	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
178	R/B	2F	R-2F-16-1	床	電線管	23600	シール材充填
179	R/B	2F	R-2F-16-1	床	電線管	23600	シール材充填
180	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
181	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
182	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
183	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
184	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
185	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
186	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
187	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
188	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
189	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
190	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
191	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
192	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	23600	シール材充填
193	R/B	2F	R-2F-16-1	床	電線管	23600	シール材充填
194	R/B	2F	R-2F-16-1	床	電線管	23600	シール材充填
195	R/B	2F	R-2F-2	床	電線管	22600	シール材充填
196	R/B	2F	R-2F-2	床	電線管	22600	シール材充填
197	R/B	2F	R-2F-2-1	床	電線管	22530	シール材充填
198	R/B	2F	R-2F-2-1	床	電線管	22530	シール材充填
199	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
200	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
201	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
202	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
203	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
204	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
205	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
206	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
207	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
208	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
209	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シール材充填
210	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シール材充填
211	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シール材充填
212	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
213	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
214	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
215	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
216	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
217	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
218	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
219	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
220	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
221	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
222	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
223	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
224	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
225	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
226	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
227	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
228	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
229	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
230	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
231	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
232	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
233	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
234	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
235	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
236	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
237	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
238	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
239	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
240	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
241	R/B	2F	R-2F-2-4	床	電線管	22530	シーリング材充填
242	R/B	2F	R-2F-3-1	床	電線管	22530	シーリング材充填
243	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
244	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
245	R/B	2F	R-2F-2-5	床	電線管	22500	シーリング材充填
246	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
247	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
248	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
249	R/B	2F	R-2F-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
250	R/B	2F	R-2F-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
251	R/B	2F	R-2F-16-1	床	電線管	22500	シーリング材充填
252	R/B	2F	R-2F-16-1	床	電線管	22500	シーリング材充填
253	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
254	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
255	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
256	R/B	2F	R-2F-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
257	R/B	2F	R-2F-1-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
258	R/B	2F	R-2F-1-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
259	R/B	2F	R-2F-1-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
260	R/B	2F	R-2F-1-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
261	R/B	2F	R-2F-1-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
262	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
263	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
264	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
265	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填



表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
266	R/B	2F	R-2F-1-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
267	R/B	2F	R-2F-1-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
268	R/B	2F	R-2F-2-6	床	電線管	22500	シーリング材充填
269	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
270	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
271	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
272	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
273	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
274	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
275	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
276	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
277	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
278	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
279	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
280	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
281	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
282	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
283	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
284	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
285	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
286	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
287	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
288	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
289	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
290	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
291	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
292	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
293	R/B	2F	R-2F-2-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
294	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
295	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
296	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
297	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
298	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
299	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
300	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
301	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
302	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
303	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
304	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
305	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
306	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
307	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
308	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
309	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
310	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
311	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
312	R/B	2F	R-2F-3	床	電線管	22500	シーリング材充填
313	R/B	2F	R-2F-2-2	床	電線管	22500	シーリング材充填
314	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	2440	シーリング材充填
315	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	2340	シーリング材充填
316	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	2330	シーリング材充填
317	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	2330	シーリング材充填
318	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	2300	シーリング材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
319	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	2290	シール材充填
320	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	1560	シール材充填
321	R/B	2F	R-2F-4	壁	電線管	950	シール材充填
322	R/B	2F	R-2F-4	壁	電線管	900	シール材充填
323	R/B	2F	RW-2F-1	壁	電線管	820	シール材充填
324	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	820	シール材充填
325	R/B	2F	RW-2F-1	壁	電線管	800	シール材充填
326	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	800	シール材充填
327	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	780	シール材充填
328	R/B	2F	R-2F-4	壁	電線管	750	シール材充填
329	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	500	シール材充填
330	R/B	2F	R-2F-7	壁	電線管	440	シール材充填
331	R/B	2F	RW-2F-1	壁	電線管	300	シール材充填
332	R/B	2F	R-2F-3	壁	電線管	300	シール材充填
333	R/B	2F	R-2F-7	壁	電線管	300	シール材充填
334	R/B	2F	RW-2F-1	壁	電線管	290	シール材充填
335	R/B	2F	R-2F-7	壁	電線管	280	シール材充填
336	R/B	2F	R-2F-3	壁	電線管	280	シール材充填
337	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	22600	シール材充填
338	R/B	2F	RW-2F-1	壁	電線管	22600	シール材充填
339	R/B	2F	RW-2F-1	壁	電線管	22600	シール材充填
340	R/B	2F	R-2F-6	壁	電線管	22600	シール材充填
341	R/B	2F	R-2F-3	壁	電線管	22600	シール材充填
342	R/B	2F	R-2F-3	壁	電線管	22600	シール材充填
343	R/B	2F	R-2F-3	壁	電線管	22600	シール材充填
344	R/B	2F	R-2F-1-3	壁	電線管	23430	シール材充填
345	R/B	2F	R-2F-8-1	壁	電線管	22600	シール材充填
346	R/B	2F	R-2F-2-2	壁	電線管	24500	シール材充填
347	R/B	2F	R-2F-2-2	壁	電線管	25170	シール材充填
348	R/B	2F	R-2F-2-3	壁	電線管	25175	シール材充填
349	R/B	2F	R-2F-2-3	壁	電線管	25165	シール材充填
350	R/B	2F	R-2F-2-3	壁	電線管	25185	シール材充填
351	R/B	2F	R-2F-1-3	壁	電線管	24740	シール材充填
352	R/B	2F	R-2F-1-3	壁	電線管	25560	シール材充填
353	R/B	2F	R-2F-1-3	壁	電線管	25210	シール材充填
354	R/B	2F	R-2F-13-1	壁	電線管	25190	シール材充填
355	R/B	2F	R-2F-17	壁	電線管	25125	シール材充填
356	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	24745	シール材充填
357	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	23510	シール材充填
358	R/B	2F	R-2F-7	壁	電線管	22810	シール材充填
359	R/B	2F	R-2F-7	壁	電線管	22840	シール材充填
360	R/B	2F	R-2F-3	壁	電線管	22610	シール材充填
361	R/B	2F	R-2F-3	壁	電線管	22820	シール材充填
362	R/B	2F	R-2F-16-1	床	電線管	26015	シール材充填
363	R/B	2F	RW-2F-1	床	電線管	24100	シール材充填
364	R/B	2F	R-2F-16-1	壁	電線管	26015	シール材充填
365	R/B	M2F	R-M2F-3	床	電線管	18300	シール材充填
366	R/B	M2F	R-M2F-3	床	電線管	18300	シール材充填
367	R/B	M2F	R-M2F-3	床	電線管	18300	シール材充填
368	R/B	M2F	-	壁	電線管	380	シール材充填
369	R/B	M2F	-	壁	電線管	240	シール材充填
370	R/B	M2F	R-M2F-7	壁	電線管	15990	シール材充填
371	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15100	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
372	R/B	1F	R-1F-8	床	電線管	15100	シーリング材充填
373	R/B	1F	R-1F-8	床	電線管	15100	シーリング材充填
374	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15100	シーリング材充填
375	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15030	シーリング材充填
376	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15030	シーリング材充填
377	R/B	1F	R-1F-3	床	電線管	15000	シーリング材充填
378	R/B	1F	R-1F-3	床	電線管	15000	シーリング材充填
379	R/B	1F	R-1F-3	床	電線管	15000	シーリング材充填
380	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
381	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
382	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シーリング材充填
383	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
384	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
385	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
386	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シーリング材充填
387	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
388	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
389	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
390	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
391	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
392	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
393	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
394	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
395	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
396	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
397	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
398	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
399	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
400	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
401	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
402	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
403	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
404	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
405	R/B	1F	R-1F-11	床	電線管	15000	シーリング材充填
406	R/B	1F	R-1F-2	床	電線管	15000	シーリング材充填
407	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
408	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
409	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シーリング材充填
410	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
411	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
412	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
413	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シーリング材充填
414	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
415	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
416	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
417	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
418	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
419	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
420	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
421	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
422	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
423	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填
424	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シーリング材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
425	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
426	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
427	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
428	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シール材充填
429	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シール材充填
430	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シール材充填
431	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シール材充填
432	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シール材充填
433	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
434	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
435	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
436	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
437	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
438	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
439	R/B	1F	R-1F-7-1	床	電線管	15000	シール材充填
440	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
441	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
442	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
443	R/B	1F	R-1F-7-1	床	電線管	15000	シール材充填
444	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
445	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
446	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
447	R/B	1F	R-1F-7-1	床	電線管	15000	シール材充填
448	R/B	1F	R-1F-7-1	床	電線管	15000	シール材充填
449	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
450	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
451	R/B	1F	R-1F-7-1	床	電線管	15000	シール材充填
452	R/B	1F	R-1F-7-1	床	電線管	15000	シール材充填
453	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
454	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
455	R/B	1F	R-1F-7	床	電線管	15000	シール材充填
456	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
457	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
458	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
459	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
460	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
461	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
462	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
463	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
464	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
465	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
466	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
467	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
468	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
469	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
470	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
471	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
472	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
473	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	15000	シール材充填
474	R/B	1F	R-1F-15	床	電線管	15000	シール材充填
475	R/B	1F	RW-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
476	R/B	1F	R-1F-17	床	電線管	14895	シール材充填
477	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
478	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
479	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
480	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
481	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
482	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
483	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
484	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
485	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
486	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
487	R/B	1F	R-1F-1	床	電線管	14895	シール材充填
488	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	14895	シール材充填
489	R/B	1F	R-1F-9	床	電線管	14895	シール材充填
490	R/B	1F	R-1F-9	床	電線管	14895	シール材充填
491	R/B	1F	R-1F-9	床	電線管	14895	シール材充填
492	R/B	1F	R-1F-9	床	電線管	14895	シール材充填
493	R/B	1F	R-1F-5	床	電線管	14895	シール材充填
494	R/B	1F	R-1F-9	床	電線管	14895	シール材充填
495	R/B	1F	R-1F-9	床	電線管	14895	シール材充填
496	R/B	1F	R-1F-3	床	電線管	14895	シール材充填
497	R/B	1F	R-1F-3	壁	電線管	2390	シール材充填
498	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	2290	シール材充填
499	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	2160	シール材充填
500	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	2160	シール材充填
501	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	2100	シール材充填
502	R/B	1F	R-1F-3	壁	電線管	1900	シール材充填
503	R/B	1F	R-1F-3	壁	電線管	1870	シール材充填
504	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	1860	シール材充填
505	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	1700	シール材充填
506	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	1700	シール材充填
507	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	1680	シール材充填
508	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	1680	シール材充填
509	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	1550	シール材充填
510	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	1400	シール材充填
511	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	1270	シール材充填
512	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	1250	シール材充填
513	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	1160	シール材充填
514	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	870	シール材充填
515	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	865	シール材充填
516	R/B	1F	RW-1F-1	壁	電線管	350	シール材充填
517	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	300	シール材充填
518	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	280	シール材充填
519	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	270	シール材充填
520	R/B	1F	RW-1F-1	壁	電線管	250	シール材充填
521	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	240	シール材充填
522	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	230	シール材充填
523	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	230	シール材充填
524	R/B	1F	RW-1F-1	壁	電線管	40	シール材充填
525	R/B	1F	RW-1F-1	壁	電線管	15100	シール材充填
526	R/B	1F	RW-1F-1	壁	電線管	15100	シール材充填
527	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	15100	シール材充填
528	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	15100	シール材充填
529	R/B	1F	R-1F-14	壁	電線管	15100	シール材充填
530	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	16165	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
531	R/B	1F	R-1F-17	壁	電線管	15100	シーリング材充填
532	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	15130	シーリング材充填
533	R/B	1F	R-1F-13-1	壁	電線管	16900	シーリング材充填
534	R/B	1F	R-1F-16-1	壁	電線管	17820	シーリング材充填
535	R/B	1F	R-1F-1	壁	電線管	17830	シーリング材充填
536	R/B	1F	R-1F-11	壁	電線管	17155	シーリング材充填
537	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	17260	シーリング材充填
538	R/B	1F	R-1F-2	壁	電線管	17290	シーリング材充填
539	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	15110	シーリング材充填
540	R/B	1F	R-1F-5	壁	電線管	15065	シーリング材充填
541	R/B	1F	RW-1F-1	壁	電線管	16320	シーリング材充填
542	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6100	シーリング材充填
543	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6100	シーリング材充填
544	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6100	シーリング材充填
545	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6100	シーリング材充填
546	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6100	シーリング材充填
547	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
548	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
549	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
550	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
551	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
552	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
553	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6000	シーリング材充填
554	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6000	シーリング材充填
555	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6000	シーリング材充填
556	R/B	B1F	R-B1F-5	床	電線管	6000	シーリング材充填
557	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	電線管	6000	シーリング材充填
558	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	電線管	6000	シーリング材充填
559	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
560	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	電線管	6000	シーリング材充填
561	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
562	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
563	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
564	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
565	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	電線管	6000	シーリング材充填
566	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	電線管	6000	シーリング材充填
567	R/B	B1F	R-B1F-3-2	床	電線管	6000	シーリング材充填
568	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
569	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
570	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
571	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
572	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
573	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
574	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
575	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
576	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
577	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
578	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
579	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
580	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
581	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
582	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填
583	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シーリング材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
584	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
585	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
586	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
587	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
588	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
589	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
590	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
591	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
592	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
593	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
594	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
595	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
596	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
597	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
598	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
599	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
600	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
601	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
602	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
603	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
604	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
605	R/B	B1F	R-B1F-3	床	電線管	6000	シール材充填
606	R/B	B1F	R-B1F-3	床	電線管	6000	シール材充填
607	R/B	B1F	R-B1F-3	床	電線管	6000	シール材充填
608	R/B	B1F	R-B1F-11	床	電線管	6000	シール材充填
609	R/B	B1F	R-B1F-11	床	電線管	6000	シール材充填
610	R/B	B1F	R-B1F-11	床	電線管	6000	シール材充填
611	R/B	B1F	R-B1F-11	床	電線管	6000	シール材充填
612	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
613	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
614	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
615	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
616	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
617	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
618	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
619	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
620	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
621	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
622	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
623	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
624	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
625	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
626	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
627	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
628	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
629	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
630	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
631	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
632	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
633	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
634	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
635	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
636	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
637	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
638	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
639	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
640	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
641	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
642	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
643	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
644	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
645	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
646	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
647	R/B	B1F	R-B1F-1	床	電線管	6000	シール材充填
648	R/B	B1F	R-B1F-2	床	電線管	6000	シール材充填
649	R/B	B1F	R-B1F-3-2	壁	電線管	2890	シール材充填
650	R/B	B1F	R-B1F-3-2	壁	電線管	2890	シール材充填
651	R/B	B1F	R-B1F-9	壁	電線管	2300	シール材充填
652	R/B	B1F	-	壁	電線管	2050	シール材充填
653	R/B	B1F	-	壁	電線管	2050	シール材充填
654	R/B	B1F	R-B1F-7	壁	電線管	2040	シール材充填
655	R/B	B1F	-	壁	電線管	2030	シール材充填
656	R/B	B1F	-	壁	電線管	2030	シール材充填
657	R/B	B1F	-	壁	電線管	2030	シール材充填
658	R/B	B1F	-	壁	電線管	2030	シール材充填
659	R/B	B1F	-	壁	電線管	2020	シール材充填
660	R/B	B1F	-	壁	電線管	2010	シール材充填
661	R/B	B1F	R-B1F-10	壁	電線管	1970	シール材充填
662	R/B	B1F	R-B1F-7	壁	電線管	1210	シール材充填
663	R/B	B1F	RW-B1F-1	壁	電線管	1180	シール材充填
664	R/B	B1F	RW-B1F-1	壁	電線管	1180	シール材充填
665	R/B	B1F	R-B1F-9	壁	電線管	1170	シール材充填
666	R/B	B1F	R-B1F-7	壁	電線管	1090	シール材充填
667	R/B	B1F	R-B1F-11	壁	電線管	1000	シール材充填
668	R/B	B1F	RW-B1F-1	壁	電線管	690	シール材充填
669	R/B	B1F	RW-B1F-1	壁	電線管	690	シール材充填
670	R/B	B1F	R-B1F-10	壁	電線管	347	シール材充填
671	R/B	B1F	RW-B1F-2	壁	電線管	300	シール材充填
672	R/B	B1F	RW-B1F-2	壁	電線管	300	シール材充填
673	R/B	B1F	RW-B1F-2	壁	電線管	285	シール材充填
674	R/B	B1F	R-B1F-8	壁	電線管	280	シール材充填
675	R/B	B1F	R-B1F-10	壁	電線管	271	シール材充填
676	R/B	B1F	R-B1F-3-2	壁	電線管	240	シール材充填
677	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	電線管	205	シール材充填
678	R/B	B1F	R-B1F-10	壁	電線管	197	シール材充填
679	R/B	B1F	RW-B1F-2	壁	電線管	80	シール材充填
680	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	電線管	70	シール材充填
681	R/B	B1F	RW-B1F-2	壁	電線管	30	シール材充填
682	R/B	B1F	RW-B1F-1	壁	電線管	7660	シール材充填
683	R/B	B1F	RW-B1F-1	壁	電線管	6100	シール材充填
684	R/B	B1F	R-B1F-6	壁	電線管	6900	シール材充填
685	R/B	B1F	R-B1F-8	壁	電線管	6100	シール材充填
686	R/B	B1F	R-B1F-12	壁	電線管	6905	シール材充填
687	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	電線管	6100	シール材充填
688	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	電線管	6100	シール材充填
689	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	電線管	6100	シール材充填



表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
690	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	電線管	6100	シール材充填
691	R/B	B1F	R-B1F-3-2	壁	電線管	6940	シール材充填
692	R/B	B1F	R-B1F-3-2	壁	電線管	6935	シール材充填
693	R/B	B1F	R-B1F-3-2	壁	電線管	7730	シール材充填
694	R/B	B1F	R-B1F-8	壁	電線管	6390	シール材充填
695	R/B	B1F	R-B1F-1	壁	電線管	6210	シール材充填
696	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	電線管	11500	シール材充填
697	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	電線管	11500	シール材充填
698	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	電線管	11500	シール材充填
699	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	電線管	11500	シール材充填
700	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	電線管	11500	シール材充填
701	R/B	MB1F	R-MB1F-1	床	電線管	11500	シール材充填
702	R/B	MB1F	-	壁	電線管	350	シール材充填
703	R/B	MB1F	-	壁	電線管	250	シール材充填
704	R/B	MB1F	-	壁	電線管	110	シール材充填
705	R/B	MB1F	-	壁	電線管	110	シール材充填
706	R/B	MB1F	-	壁	電線管	110	シール材充填
707	R/B	B2F	-	壁	電線管	2000	シール材充填
708	R/B	B2F	-	壁	電線管	1255	シール材充填
709	R/B	B2F	-	壁	電線管	390	シール材充填
710	R/B	B2F	R-B2F-3	壁	電線管	390	シール材充填
711	R/B	B2F	R-B2F-2	壁	電線管	-450	シール材充填
712	R/B	B2F	R-B2F-2	壁	電線管	-460	シール材充填
713	R/B	B2F	R-B2F-4	壁	電線管	-490	シール材充填
714	R/B	B2F	R-B2F-4	壁	電線管	-550	シール材充填
715	R/B	B2F	R-B2F-1	壁	電線管	-610	シール材充填
716	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-750	シール材充填
717	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-750	シール材充填
718	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-750	シール材充填
719	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-750	シール材充填
720	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-750	シール材充填
721	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-750	シール材充填
722	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-750	シール材充填
723	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
724	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
725	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
726	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
727	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
728	R/B	B2F	R-B2F-6-1	床	電線管	-800	シール材充填
729	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
730	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
731	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
732	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
733	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
734	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
735	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
736	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
737	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
738	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
739	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
740	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
741	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
742	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
743	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
744	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
745	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
746	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
747	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
748	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
749	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
750	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
751	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
752	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
753	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
754	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
755	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
756	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
757	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
758	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
759	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
760	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
761	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
762	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
763	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
764	R/B	B2F	R-B2F-6-2	床	電線管	-800	シール材充填
765	R/B	B2F	R-B2F-6-2	床	電線管	-800	シール材充填
766	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
767	R/B	B2F	R-B2F-1	床	電線管	-800	シール材充填
768	R/B	B2F	R-B2F-5	床	電線管	-800	シール材充填
769	R/B	B2F	R-B2F-5	床	電線管	-800	シール材充填
770	R/B	B2F	R-B2F-5	床	電線管	-800	シール材充填
771	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
772	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
773	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
774	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
775	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
776	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
777	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
778	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
779	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
780	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
781	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
782	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
783	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
784	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
785	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
786	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
787	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
788	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
789	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
790	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
791	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
792	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
793	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
794	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
795	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
796	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
797	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
798	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
799	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
800	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
801	R/B	B2F	R-B2F-4	床	電線管	-800	シール材充填
802	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
803	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
804	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
805	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
806	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
807	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
808	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
809	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
810	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
811	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
812	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
813	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
814	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
815	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
816	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
817	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
818	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
819	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
820	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
821	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
822	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
823	R/B	B2F	R-B2F-9	床	電線管	-800	シール材充填
824	R/B	B2F	R-B2F-8	床	電線管	-800	シール材充填
825	R/B	B2F	R-B2F-3	壁	電線管	-700	シール材充填
826	R/B	B2F	R-B2F-9	壁	電線管	-700	シール材充填
827	R/B	B2F	R-B2F-1	壁	電線管	-700	シール材充填
828	R/B	B2F	R-B2F-1	壁	電線管	-700	シール材充填
829	R/B	B2F	-	壁	電線管	1470	シール材充填
830	R/B	B2F	R-B2F-6-1	壁	電線管	1590	シール材充填
831	R/B	B2F	R-B2F-6-2	壁	電線管	2670	シール材充填
832	R/B	MB2F	-	壁	電線管	5320	シール材充填
833	R/B	MB2F	-	壁	電線管	4050	シール材充填
834	R/B	B3F	-	壁	電線管	950	シール材充填
835	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-4110	シール材充填
836	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	電線管	-4600	シール材充填
837	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-4620	シール材充填
838	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	電線管	-5270	シール材充填
839	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	電線管	-5300	シール材充填
840	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5420	シール材充填
841	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5530	シール材充填
842	R/B	B3F	-	壁	電線管	-5570	シール材充填
843	R/B	B3F	R-B3F-12	壁	電線管	-5580	シール材充填
844	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5660	シール材充填
845	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5660	シール材充填
846	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5670	シール材充填
847	R/B	B3F	-	壁	電線管	-5950	シール材充填
848	R/B	B3F	-	壁	電線管	-5950	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
849	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5960	シール材充填
850	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5970	シール材充填
851	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5980	シール材充填
852	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-5990	シール材充填
853	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6000	シール材充填
854	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6010	シール材充填
855	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6100	シール材充填
856	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6100	シール材充填
857	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	電線管	-6100	シール材充填
858	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6330	シール材充填
859	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-6490	シール材充填
860	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-6510	シール材充填
861	R/B	B3F	R-B3F-6	壁	電線管	-6520	シール材充填
862	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6530	シール材充填
863	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	電線管	-6530	シール材充填
864	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-6810	シール材充填
865	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-6810	シール材充填
866	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-6810	シール材充填
867	R/B	B3F	-	壁	電線管	-6830	シール材充填
868	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6880	シール材充填
869	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	電線管	-6890	シール材充填
870	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	電線管	-6910	シール材充填
871	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6920	シール材充填
872	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-6920	シール材充填
873	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-6920	シール材充填
874	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	電線管	-6930	シール材充填
875	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	電線管	-6940	シール材充填
876	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	電線管	-6940	シール材充填
877	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	電線管	-6940	シール材充填
878	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	電線管	-6940	シール材充填
879	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7010	シール材充填
880	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7010	シール材充填
881	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7010	シール材充填
882	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7010	シール材充填
883	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7010	シール材充填
884	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7010	シール材充填
885	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7020	シール材充填
886	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7020	シール材充填
887	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7020	シール材充填
888	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7020	シール材充填
889	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7020	シール材充填
890	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7020	シール材充填
891	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7030	シール材充填
892	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7030	シール材充填
893	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7070	シール材充填
894	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7120	シール材充填
895	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7120	シール材充填
896	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7120	シール材充填
897	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7120	シール材充填
898	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7130	シール材充填
899	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7210	シール材充填
900	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7220	シール材充填
901	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7220	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
902	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7310	シール材充填
903	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7310	シール材充填
904	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7310	シール材充填
905	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-7310	シール材充填
906	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7320	シール材充填
907	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7350	シール材充填
908	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-7390	シール材充填
909	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-7400	シール材充填
910	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-7410	シール材充填
911	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-7410	シール材充填
912	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-7430	シール材充填
913	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-7430	シール材充填
914	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-7430	シール材充填
915	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-7430	シール材充填
916	R/B	B3F	R-B3F-13	壁	電線管	-7430	シール材充填
917	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7440	シール材充填
918	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7440	シール材充填
919	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7440	シール材充填
920	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7450	シール材充填
921	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7450	シール材充填
922	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7450	シール材充填
923	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7460	シール材充填
924	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-7470	シール材充填
925	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7470	シール材充填
926	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7470	シール材充填
927	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7470	シール材充填
928	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7470	シール材充填
929	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7480	シール材充填
930	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7530	シール材充填
931	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7600	シール材充填
932	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7600	シール材充填
933	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7610	シール材充填
934	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	電線管	-7610	シール材充填
935	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-7620	シール材充填
936	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7620	シール材充填
937	R/B	B3F	R-B3F-10	壁	電線管	-7620	シール材充填
938	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-7630	シール材充填
939	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7650	シール材充填
940	R/B	B3F	R-B3F-11	壁	電線管	-7650	シール材充填
941	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-7730	シール材充填
942	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	電線管	-7830	シール材充填
943	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	電線管	-7840	シール材充填
944	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	電線管	-7840	シール材充填
945	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	電線管	-7840	シール材充填
946	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	電線管	-8100	シール材充填
947	R/B	B3F	R-B3F-3	壁	電線管	-8790	シール材充填
948	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-8000	シール材充填
949	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-7445	シール材充填
950	R/B	B3F	R-B3F-7	壁	電線管	-4755	シール材充填
951	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-6250	シール材充填
952	R/B	B3F	R-B3F-12	壁	電線管	-4760	シール材充填
953	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	電線管	-5900	シール材充填
954	R/B	B3F	R-B3F-3	壁	電線管	-6110	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
955	R/B	B3F	R-B3F-3	壁	電線管	-4805	シール材充填
956	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	電線管	-5285	シール材充填
957	R/B	B3F	R-B3F-4	壁	電線管	-5795	シール材充填
958	R/B	B3F	RW-B3F-1	壁	電線管	-6865	シール材充填
959	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-6880	シール材充填
960	R/B	B3F	R-B3F-1	壁	電線管	-6870	シール材充填
961	R/B	B3F	R-B3F-2	壁	電線管	-6885	シール材充填
962	R/B	B3F	R-B3F-5	壁	電線管	-7400	シール材充填
963	R/B	B3F	R-B3F-14	壁	電線管	-6620	シール材充填
964	R/B	B3F	RW-MB3F-1	壁	電線管	-1075	シール材充填
965	R/B	B3F	RW-B1F-1	壁	電線管	6590	シール材充填
966	R/B	B3F	RW-B1F-1	壁	電線管	6590	シール材充填
967	R/B	MB3F	-	壁	電線管	-2270	シール材充填
968	R/B	MB3F	-	壁	電線管	-2270	シール材充填
969	R/B	MB3F	-	壁	電線管	-2270	シール材充填
970	R/B	MB3F	-	壁	電線管	-2270	シール材充填
971	C/B	3F	C-3F-3	壁	電線管	22950	シール材充填
972	C/B	2F	-	壁	電線管	20120	シール材充填
973	C/B	2F	-	壁	電線管	19700	シール材充填
974	C/B	2F	C-2F-3	壁	電線管	19560	シール材充填
975	C/B	2F	C-2F-3	壁	電線管	19570	シール材充填
976	C/B	2F	-	壁	電線管	21172	シール材充填
977	C/B	1F	-	壁	電線管	18300	シール材充填
978	C/B	1F	-	壁	電線管	17880	シール材充填
979	C/B	1F	C-1F-2	壁	電線管	16490	シール材充填
980	C/B	1F	C-1F-2	壁	電線管	16490	シール材充填
981	C/B	1F	-	壁	電線管	15720	シール材充填
982	C/B	1F	C-1F-1	壁	電線管	15560	シール材充填
983	C/B	1F	C-1F-1	壁	電線管	15450	シール材充填
984	C/B	1F	C-1F-1	壁	電線管	15440	シール材充填
985	C/B	1F	-	壁	電線管	15300	シール材充填
986	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15100	シール材充填
987	C/B	1F	C-1F-1	床	電線管	15000	シール材充填
988	C/B	1F	C-1F-1	床	電線管	15000	シール材充填
989	C/B	1F	C-1F-1	床	電線管	15000	シール材充填
990	C/B	1F	C-1F-1	床	電線管	15000	シール材充填
991	C/B	1F	C-1F-1	床	電線管	15000	シール材充填
992	C/B	1F	C-1F-1	床	電線管	15000	シール材充填
993	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
994	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
995	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
996	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
997	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
998	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
999	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1000	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1001	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1002	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1003	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1004	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1005	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1006	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1007	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設置面)	貫通物	設置高さ(O.P.)	止水方法
1008	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1009	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1010	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1011	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1012	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1013	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1014	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1015	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1016	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1017	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1018	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1019	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1020	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1021	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1022	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1023	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1024	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1025	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1026	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1027	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1028	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1029	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1030	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1031	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1032	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1033	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1034	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1035	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1036	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1037	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1038	C/B	1F	C-1F-2	床	電線管	15000	シール材充填
1039	C/B	1F	C-1F-2	壁	電線管	15300	シール材充填
1040	C/B	1F	C-1F-2	壁	電線管	15310	シール材充填
1041	C/B	B1F	-	壁	電線管	12350	シール材充填
1042	C/B	B1F	-	壁	電線管	12350	シール材充填
1043	C/B	B1F	-	壁	電線管	12230	シール材充填
1044	C/B	B1F	-	壁	電線管	12230	シール材充填
1045	C/B	B1F	C-B1F-1	壁	電線管	8795	シール材充填
1046	C/B	B1F	C-B1F-7	床	電線管	8000	シール材充填
1047	C/B	B1F	C-B1F-1	壁	電線管	10850	シール材コーキング
1048	C/B	B1F	C-B1F-1	壁	電線管	11950	シール材コーキング
1049	C/B	B1F	-	壁	電線管	10700	シール材充填
1050	C/B	MB1F	-	壁	電線管	17350	シール材充填
1051	C/B	B2F	-	壁	電線管	7470	シール材充填
1052	C/B	B2F	-	壁	電線管	6640	シール材充填
1053	C/B	B2F	-	壁	電線管	6375	シール材充填
1054	C/B	B2F	-	壁	電線管	5550	シール材充填
1055	C/B	B2F	-	壁	電線管	5180	シール材充填
1056	C/B	B2F	-	壁	電線管	5180	シール材充填
1057	C/B	B2F	C-B2F-4	壁	電線管	3620	シール材充填
1058	C/B	B2F	C-B2F-4	壁	電線管	3600	シール材充填
1059	C/B	B2F	-	壁	電線管	4340	シール材充填
1060	C/B	B2F	-	壁	電線管	3950	シール材充填

表 9.4-5 貫通部止水処置リスト (電線管)

通し 番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設 置面)	貫通物	設置高さ (O.P.)	止水方法
1061	C/B	B2F	-	壁	電線管	4140	シール材充填

注記\* : 「 - 」については、屋外やトレンチ等の区画を示す。



表 9.4-6 貫通部止水処置リスト (ケーブルトレイ)

通し 番号	建屋	階層	設置区画番号*	部位(設 置面)	貫通物	設置高さ (O.P.)	止水方法
1	R/B	3F	R-3F-7	床	ケーブルトレイ	33300	シール材充填
2	R/B	2F	R-2F-8	床	ケーブルトレイ	24900	シール材充填
3	R/B	2F	R-2F-3	床	ケーブルトレイ	23600	シール材充填
4	R/B	2F	R-2F-3	床	ケーブルトレイ	22600	シール材充填
5	R/B	2F	R-2F-3	床	ケーブルトレイ	22600	シール材充填
6	R/B	1F	R-1F-5	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
7	R/B	1F	R-1F-5	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
8	R/B	1F	R-1F-5	床	ケーブルトレイ	14895	シール材充填
9	R/B	B1F	RW-B1F-1	壁	ケーブルトレイ	11350	鉄板+シール材コーキング
10	R/B	B1F	RW-B1F-1	壁	ケーブルトレイ	11350	鉄板+シール材コーキング
11	R/B	B1F	R-B1F-1	床	ケーブルトレイ	6100	シール材充填
12	R/B	B1F	R-B1F-1	床	ケーブルトレイ	6000	シール材充填
13	R/B	B2F	R-B2F-8	壁	ケーブルトレイ	3650	鉄板+シール材コーキング
14	R/B	B2F	R-B2F-8	壁	ケーブルトレイ	4250	鉄板+シール材コーキング
15	R/B	B2F	RW-B2F-1	壁	ケーブルトレイ	4550	鉄板+シール材コーキング
16	R/B	B2F	-	壁	ケーブルトレイ	-30	シール材充填
17	R/B	B2F	R-B2F-1	床	ケーブルトレイ	-700	シール材充填
18	R/B	B2F	R-B2F-8	床	ケーブルトレイ	-700	シール材充填
19	R/B	B2F	R-B2F-1	床	ケーブルトレイ	-700	シール材充填
20	R/B	B2F	R-B2F-9	床	ケーブルトレイ	-800	シール材充填
21	R/B	B3F	-	壁	ケーブルトレイ	-3480	シール材充填
22	R/B	B3F	-	壁	ケーブルトレイ	-4450	シール材充填
23	R/B	MB3F	RW-MB3F-1	壁	ケーブルトレイ	300	シール材充填
24	C/B	1F	C-1F-2	壁	ケーブルトレイ	15550	鉄板+シール材コーキング
25	C/B	1F	C-1F-2	壁	ケーブルトレイ	15700	シール材充填
26	C/B	1F	C-1F-2	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
27	C/B	1F	C-1F-2	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
28	C/B	1F	C-1F-2	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
29	C/B	1F	C-1F-2	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
30	C/B	1F	C-1F-2	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
31	C/B	1F	C-1F-2	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
32	C/B	1F	C-1F-2	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
33	C/B	1F	C-1F-3	床	ケーブルトレイ	15100	シール材充填
34	C/B	B1F	C-B1F-4	壁	ケーブルトレイ	11300	鉄板+シール材コーキング
35	C/B	B1F	C-B1F-1	壁	ケーブルトレイ	11750	鉄板+シール材コーキング
36	C/B	B1F	C-B1F-1	壁	ケーブルトレイ	11750	鉄板+シール材コーキング
37	C/B	B1F	C-B1F-1	壁	ケーブルトレイ	13250	鉄板+シール材コーキング
38	C/B	B1F	C-B1F-1	壁	ケーブルトレイ	12650	鉄板+シール材コーキング
39	C/B	B1F	C-B1F-1	壁	ケーブルトレイ	11750	鉄板+シール材コーキング
40	C/B	MB1F	-	壁	ケーブルトレイ	11300	シール材充填
41	C/B	B2F	C-B2F-2	壁	ケーブルトレイ	5150	鉄板+シール材コーキング
42	C/B	B2F	C-B2F-2	壁	ケーブルトレイ	5150	鉄板+シール材コーキング
43	C/B	B2F	C-B2F-2	壁	ケーブルトレイ	5200	鉄板+シール材コーキング
44	C/B	MB2F	C-B2F-3	壁	ケーブルトレイ	4550	鉄板+シール材コーキング

注記\* : 「-」については、屋外やトレンチ等の区画を示す。

表 9.4-7 貫通部止水処置リスト (機器ハッチ)

通し 番号	建屋	階層	設置区画番号	部位(設 置面)	貫通物	設置高さ (O. P.)	止水方法
1	R/B	2F	R-2F-5	床	ハッチ	22500	鉄板+シール材コーキング
2	R/B	1F	R-1F-2	床	ハッチ	15000	鉄板+シール材コーキング
3	R/B	1F	R-1F-2	床	ハッチ	15000	鉄板+シール材コーキング
4	R/B	B1F	R-B1F-1	床	ハッチ	6000	鉄板+シール材コーキング
5	R/B	B1F	R-B1F-2	床	ハッチ	6000	鉄板+シール材コーキング
6	R/B	B1F	R-B1F-1	床	ハッチ	6000	鉄板+シール材コーキング
7	R/B	B1F	R-B1F-1	床	ハッチ	6000	鉄板+シール材コーキング
8	R/B	B1F	R-B1F-1	床	ハッチ	6000	鉄板+シール材コーキング
9	R/B	MB1F	R-MB1F-3	床	ハッチ	11500	鉄板+シール材コーキング
10	R/B	B2F	R-B2F-1	床	ハッチ	-800	鉄板+シール材コーキング
11	R/B	B2F	R-B2F-1	床	ハッチ	-800	鉄板+シール材コーキング
12	R/B	B2F	R-B2F-4	床	ハッチ	-800	鉄板+シール材コーキング
13	R/B	B2F	R-B2F-1	床	ハッチ	-800	鉄板+シール材コーキング
14	C/B	1F	C-1F-2	床	ハッチ	15000	鉄板+シール材コーキング

注記\* : 「-」については、屋外やトレンチ等の区画を示す。

## 9.5 蒸気防護カバーの耐蒸気性能について

### 1. 概要

タービン建屋で発生を想定する配管破断時の漏えい蒸気に対し、気体廃棄物処理設備エリア排気放射線モニタ（以下「OG系モニタ」という。）が機能喪失する可能性があることから、蒸気防護カバーを設置し、蒸気による環境条件を緩和する。本資料では、蒸気防護カバーの耐蒸気性能について説明する。蒸気防護カバーの概要図を図9.5-1に示す。

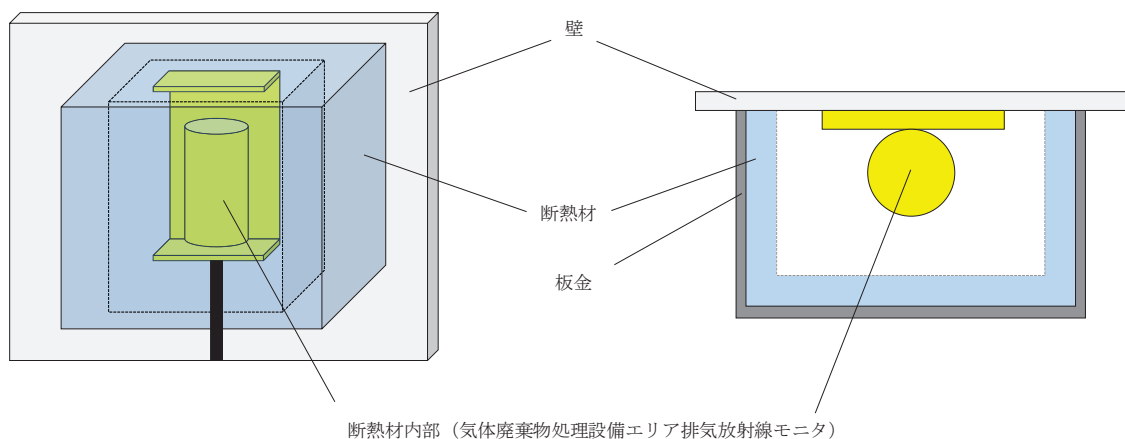


図9.5-1 蒸気防護カバーの概要図

### 2. 蒸気防護カバーに対する耐蒸気性能の確認方法及び結果

#### 2.1 加熱試験条件の考え方

蒸気防護カバーは、OG系モニタが設置されるタービン建屋内に蒸気が流出した際の蒸気影響を緩和することを目的に設置するものである。建屋内に蒸気が流出した際に考えられる温度  にて加熱試験を実施し、蒸気漏えい時においてもOG系モニタが機能維持可能であることを確認する。

#### 2.2 加熱試験条件

加熱試験は、実機で使用する形状、寸法及び施工方法を模擬した蒸気防護カバーと検出器を用いた試験体にて実施する。試験体を試験炉内（乾燥炉）に設置して加熱し、断熱材外部及び断熱材内部の温度推移を測定し、試験炉内が、蒸気が建屋内（大気圧下）に流出する際に考えられる温度  以上となった時点を  時間として、試験体を  時間  以上の温度で加熱する。 時間経過後は試験炉の温度を  に設定し、断熱材の内部温度がピークに達した後、 時間で試験終了とする。温度測定点は、試験炉内温度5点、遮熱試験体内部温度4点、検出器表面温度1点の温度計測を実施する。図9.5-2に試験条件を、図9.5-3に温度測定点の概要図を示す。

なお、本試験では水蒸気雰囲気は模擬せず乾燥炉による加熱を行うが、本試験にて蒸気防護カバー内部の温度が上昇しなければ、周辺の高湿空気は蒸気防護カバー内に流入していないこととなり、従って水蒸気も蒸気防護カバー内部へ流入することはないと考えられる。



図 9.5-2 試験条件

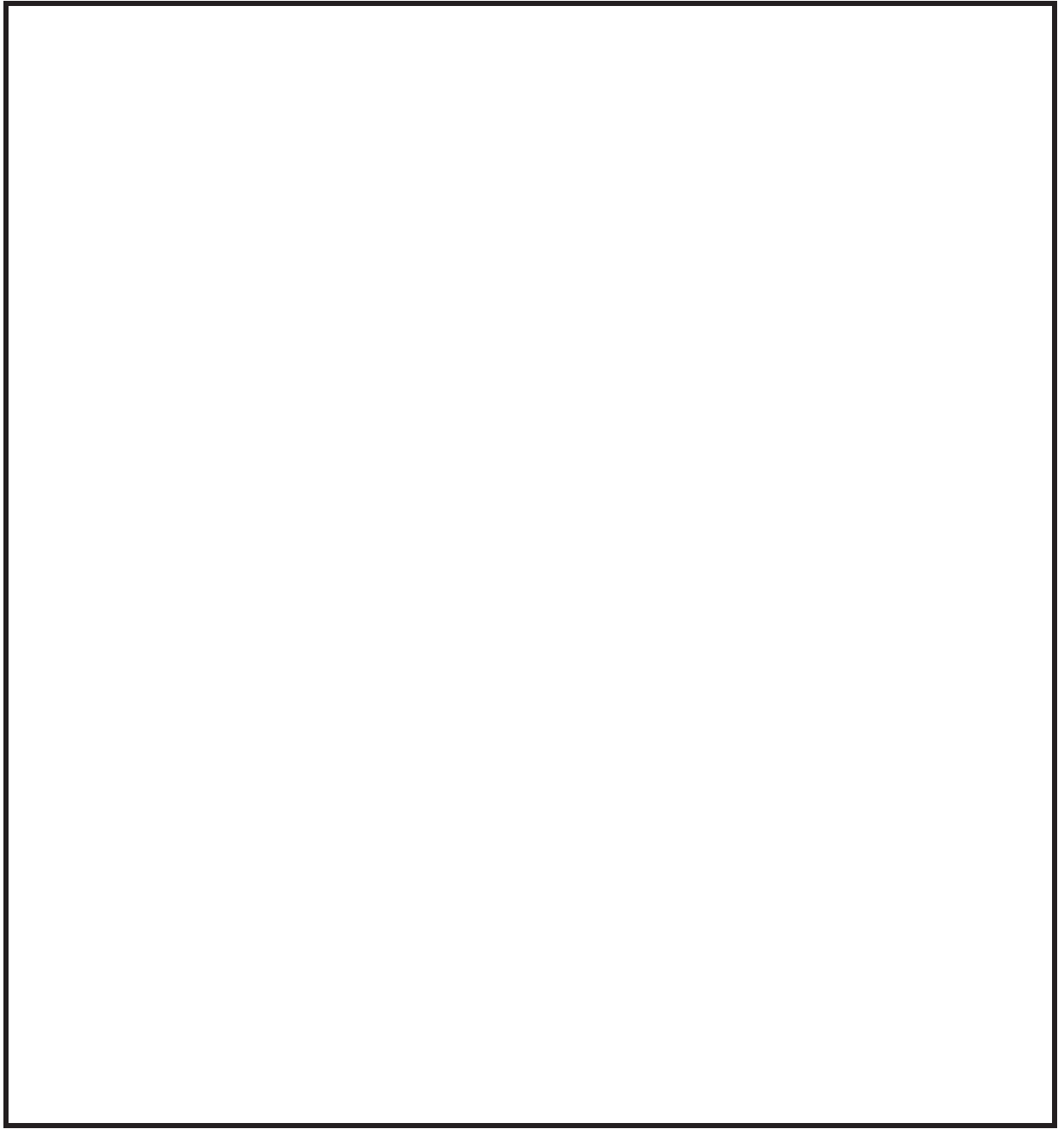


図 9.5-3 温度測定点の概要図

### 2.3 加熱試験結果

内部温度ピークは OG 系モニタの使用温度  以下となることから、蒸気防護カバーで囲われる OG 系モニタに対する蒸気への影響はないことが確認できた。試験結果を図 9.5-4 及び図 9.5-5 に示す。

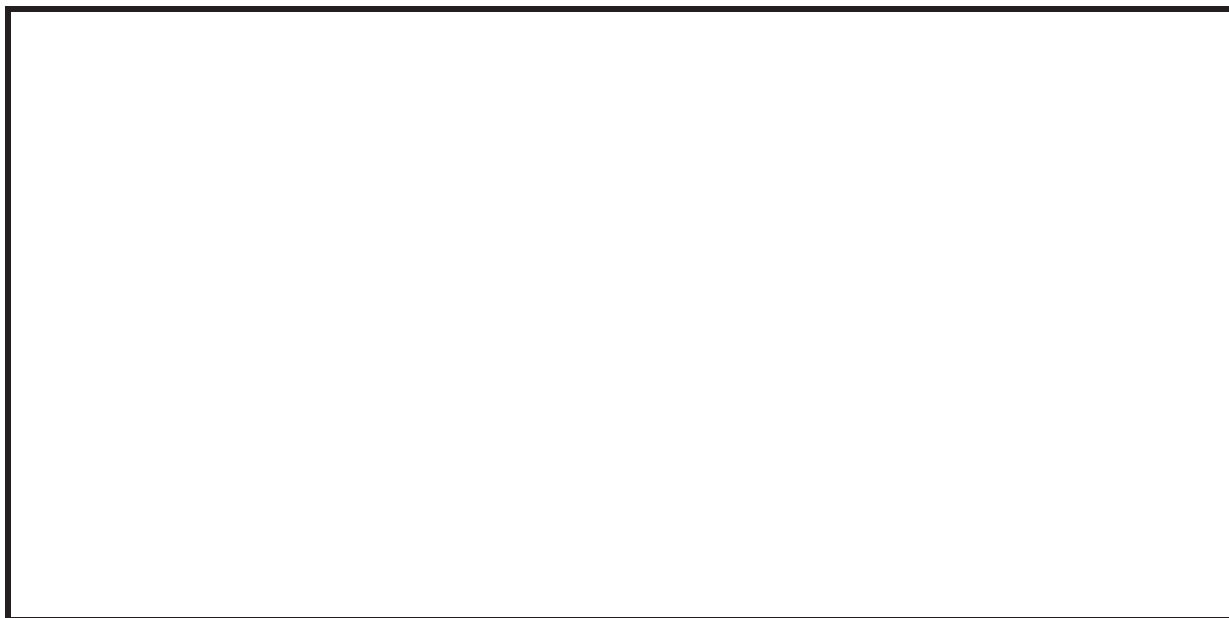


図 9.5-4 炉内温度

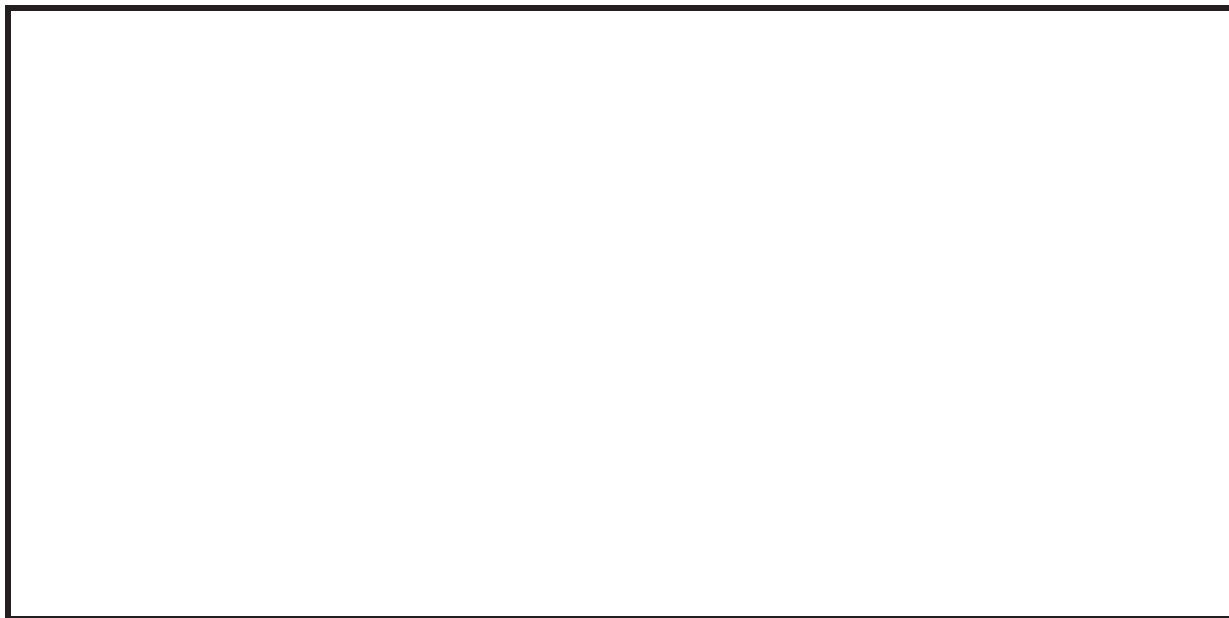


図 9.5-5 ボックス内部及び検出器本体温度

## 9.6 放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止評価について

### 1. 概要

管理区域内で発生した溢水は、建屋の最地下階に貯留されるため、貯留される地下階の範囲及び溢水の伝播経路となる範囲について、前章までの溢水影響評価結果を基に、溢水防護措置（水密扉の設置、配管等の貫通部への止水処置等）を講ずることにより、機器の破損等により生じた放射性物質を含んだ液体が、管理区域外に伝播しないことを確認した。

表 9.6-1 に放射性物質を含んだ液体の溢水伝播に対して、止水を期待する設備について整理する。また、その設置場所について図 9.6-1 に示す。

なお、使用済燃料プール及び原子炉ウェル・DS ピットのスロッシングによる溢水を考慮しても、発生する溢水量は区画番号：R-3F-1 において考慮している最大溢水量（原子炉補機冷却水系の想定破損による溢水量：265m<sup>3</sup>）以下であり、想定破損による溢水影響評価に基づき、原子炉建屋原子炉棟の溢水防護措置（水密扉の設置、配管等の貫通部への止水処置等）を講ずることにより、発生した溢水が管理区域外へ伝播しないことを確認した。

表 9.6-1 放射性物質を含んだ液体の溢水伝播に対して止水を期待する設備

設置建屋	フロア	対 象	種別	区分	箇所数
原子炉建屋 原子炉棟	1F	R/B 大物搬入用扉	水密扉	新設	1
		R/B 大物搬入用小扉	水密扉	新設	1
原子炉建屋 附属棟	1F	HWH 熱交換器・ポンプ室	水密扉	新設	1
原子炉建屋 附属棟 (廃棄物処理エリア (管理区域))	1F	主排気ダクト連絡トレンチ	水密扉	新設	1
		1F 共通エリア	水密扉	新設	1
		1F 共通エリア大物搬入用	水密扉	新設	1
		RW 制御室扉	水密扉	新設	1
制御建屋	1F	入退域エリア【管理区域へ ルメット置場】	水密扉	新設	1
		補助ボイラー建屋連絡階段	水密扉	新設	1

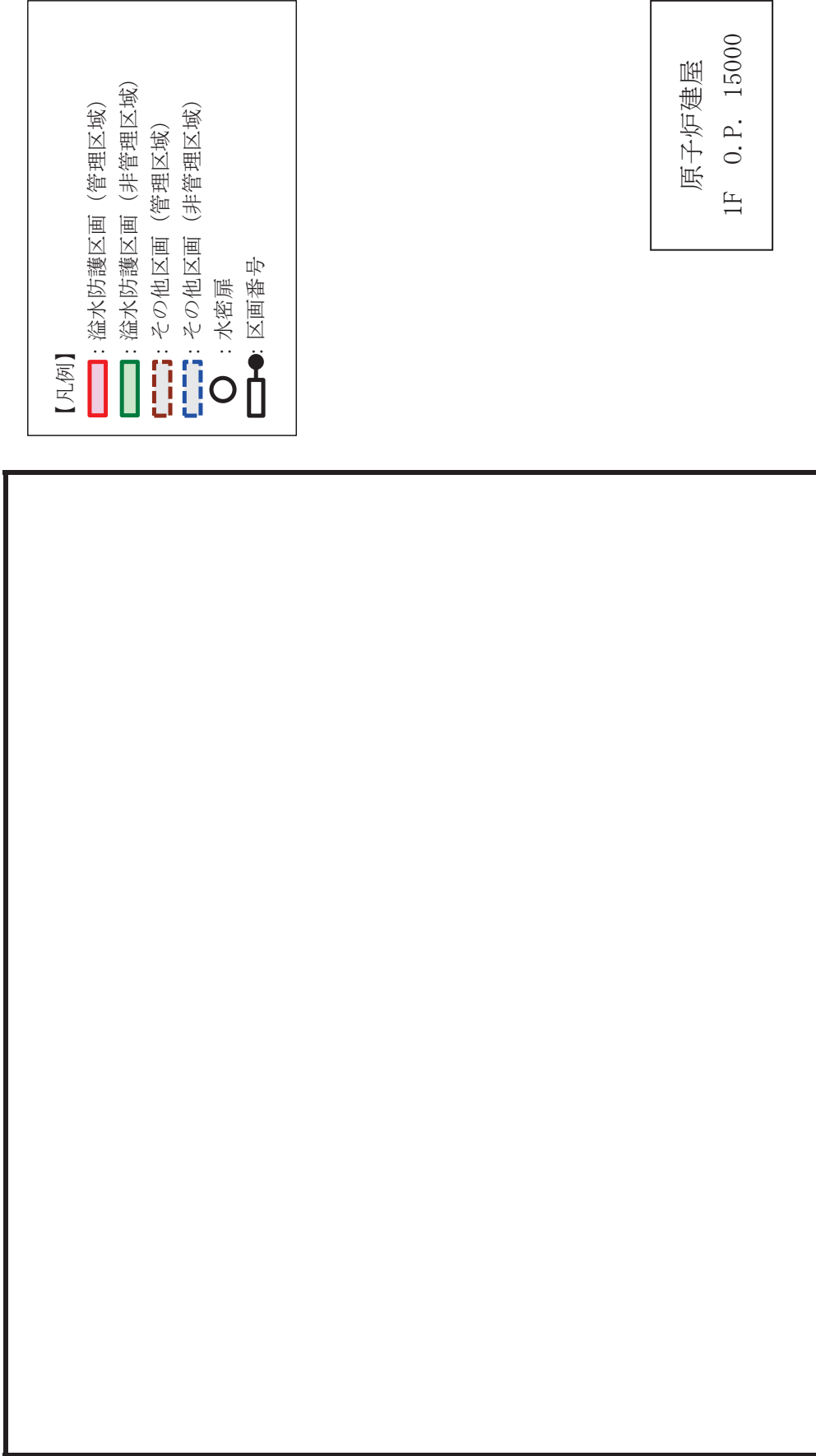
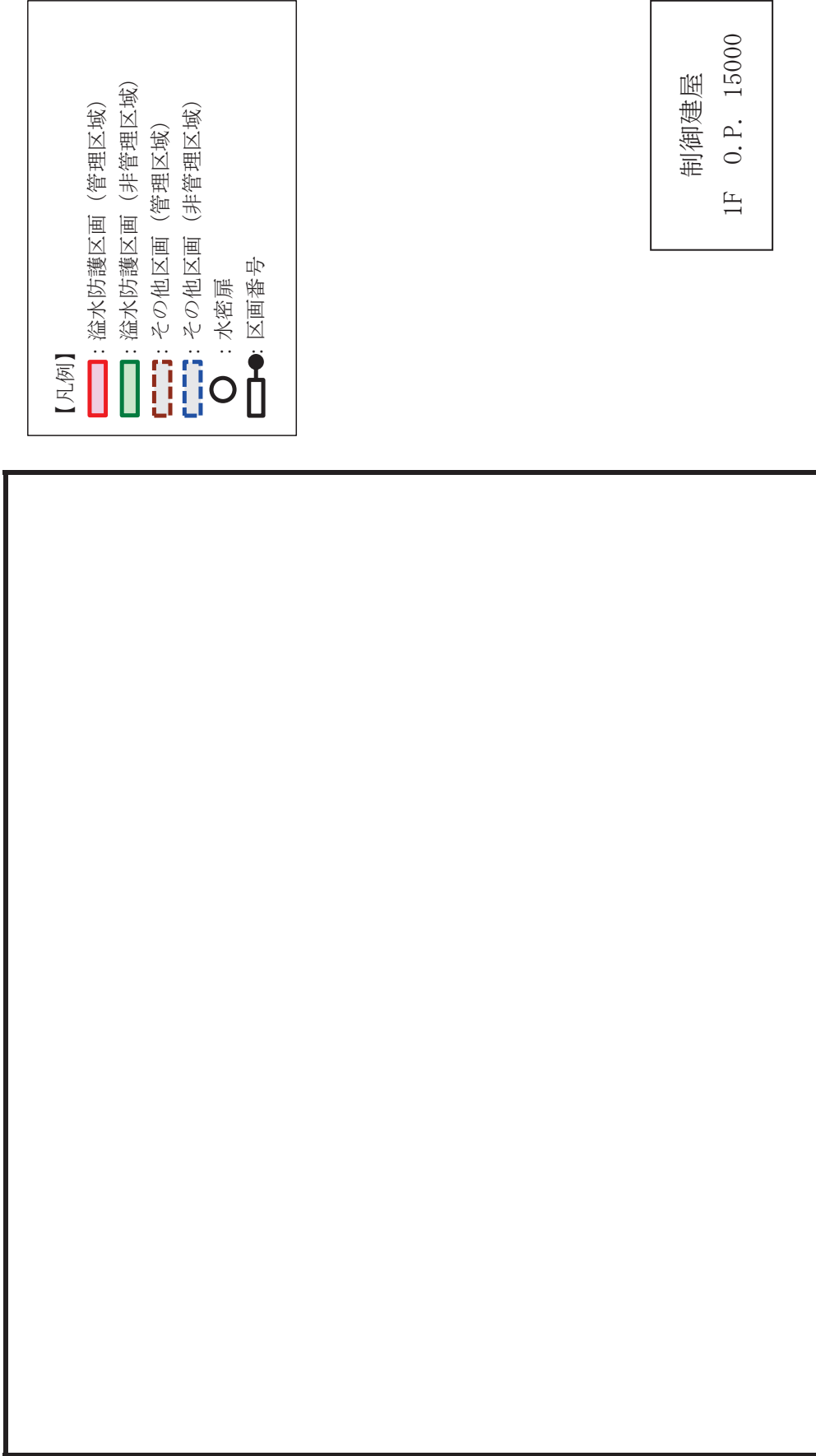


図 9.6-1 放射性物質を含んだ液体の溢水伝播に対して止水を期待する設備 (1/2)





【凡例】

- (Red) : 溢水防護区画 (管理区域)
- (Green) : 溢水防護区画 (非管理区域)
- (Grey) : その他区画 (管理区域)
- (Blue) : その他区画 (非管理区域)
- (White) : 水密扉
- (Black) : 区画番号

制御建屋  
1F O.P. 15000

図 9.6-1 放射性物質を含んだ液体の溢水伝播に対して止水を期待する設備 (2/2)

## 9.7 床ドレンラインからの排水に期待する区画について

### 1. はじめに

内部溢水影響評価ガイドに基づき、一部の区画において、区画内に設置する床ドレンラインからの排水を期待し、溢水水位を算出している。

### 2. 床ドレンラインからの排水

床ドレンラインが設置されている区画のうち、目皿が2つ以上存在し、定量的に排水が期待できる場合は、流出量の最も大きい1箇所からの排水は期待できないことを仮定した上で、その他の箇所からの排水を考慮してもよいこととする。床ドレンラインからの排水を期待している区画を表 9.7-1 に示す。なお、床ドレンラインからの排水流量の算出にあたっては、「9.8 流下開口を考慮した没水高さについて」に記載する。

表 9.7-1 床ドレンラインからの排水を期待している区画

建屋	区画	溢水発生源
原子炉建屋	R-2F-7-1	消火水の放水による溢水
原子炉建屋	R-2F-6-1	消火水の放水による溢水
原子炉建屋	R-2F-6-2	消火水の放水による溢水

## 9.8 流下開口を考慮した没水高さについて

### 1. 概要

没水高さが高くなるようなエリアについて、扉開運用などにより流下開口を設置し、ある没水高さ以上とならないよう対策を実施している。ここでは、流下開口を設置しているエリアについて、流下開口からの流出流量が想定破損による系統流量を上回ることを確認する。

### 2. 流下開口（ハッチ、吹抜）からの排水

#### 2.1 ハッチ、吹抜からの流出量

ハッチ、吹抜からの流出量について、「第四版土木工学ハンドブック I，土木学会編，技報出版」より，図 9.8-1 のような長方形積の流量算出式を参照し，以下の式を使用して算出する。ハッチ，吹抜からの排水イメージを図 9.8-2 に示す。

一部，開口周囲にカーブがない箇所もあるが，ここでは保守的にカーブ高さ，カーブ幅を仮定した場合の流出量を算出する。

また，ハッチについては，開口 4 辺のうち，2 辺から流出していくこととして算出する。表 9.8-1 にハッチ，吹抜の開口条件を示す。

$$Q = C \times B \times h^{\frac{3}{2}} \dots \dots \dots \text{①式}$$

ここで， $0.4 \leq h/L \leq (1.5 \sim 1.9)$ ； $C = 1.444 + 0.352 \left( \frac{h}{L} \right)$

Q：越流量 (m<sup>3</sup>/s)

B：堰の幅 (m)

h：越流水深 (m)

C：流量係数 (m<sup>1/2</sup>/s)

L：堰長さ (m)

W：堰高さ (m)

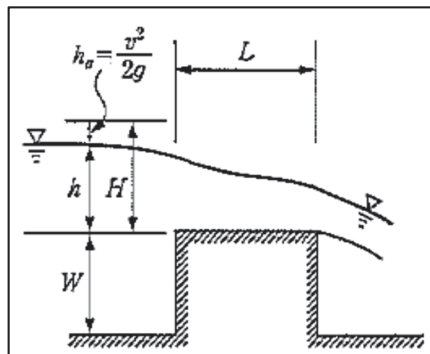


図 9.8-1 長方堰の越流量

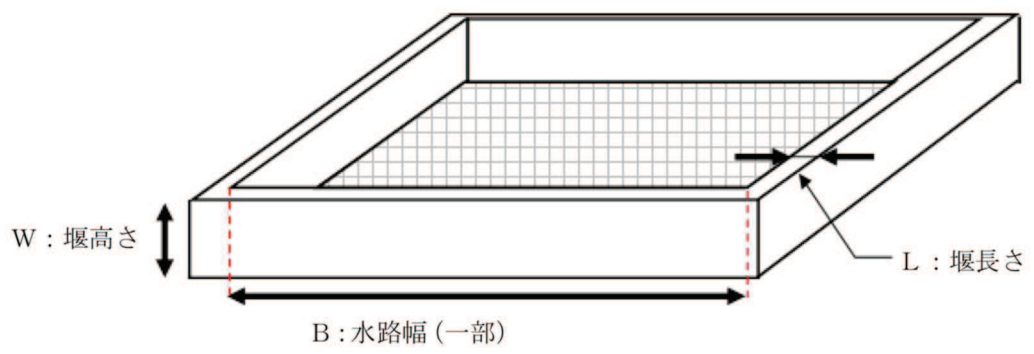


図 9.8-2 ハッチ, 吹抜からの排水イメージ

表 9.8-1 ハッチ、吹抜の開口条件

区画番号	開口数	開口幅 (m)	カーブ高さ (m)	カーブ幅 (m)
R-3F-1	1	6.5×5.5	0.13	0.25
R-2F-3	1	6.5×5.5	0.13	0.25
R-B2F-2	1	3.0×3.0	0.13	0.25
R-B2F-3	1	3.1×3.1	0.13	0.25
R-M2F-1	1	11.1×2.2×2.2	0.13	0.2
R-M2F-2	1	—*1	—*1	—*1
R-M2F-3	1	3.3×1.05×3.3	0.13	0.25
R-M2F-5	1	3.9	0.13	0.2
R-M2F-6	1	—*1	—*1	—*1
R-1F-8	1	6.5以上	0.13	0.25
R-1F-9	1	2.7	0.13	0.25
R-MB1F-1	1	3.1 (4.4) *2	0.13	0.2
R-MB1F-2	1	9.1以上	0.13	0.2
R-MB1F-3	1	2.5 (4.4) *2	0.13	0.2
R-MB1F-4	1	5.6	0.13	0.2
R-B2F-7	1	—*1	—*1	—*1
R-3F-2	1	2.7 (5.1) *2	0.13	0.2
R-3F-4	1	2.7 (3.0) *2	0.13	0.2
R-3F-5	1	6.1	0.13	0.2
R-M3F-3-1	1	3.85	0.13*3	0.30*3
R-2F-6-2	1	4.1×1.6×4.1	0.13	0.15
R-2F-7-1	1	4.7×1.5	0.13	0.15
R-2F-8-2	1	4.1×1.6×4.1	0.13	0.15
R-M2F-9	1	4.0以上	0.13	0.25
C-2F-3	1	3.9	0.13	0.25
C-MB1F-1	1	4.4×1.2	0.13	0.25
C-MB2F-1	1	6.5以上	0.13*3	0.30*3

注記\*1：床なし区画

\*2：開口が2辺のため、小さい方の値で評価

\*3：保守的に設定

## 2.2 算出結果

前述の①式から、越流水深を0.17mと仮定（没水高さ0.3m）し、越流量を算出した。原子炉建屋原子炉棟，原子炉建屋付属棟及び制御建屋を含めた最大漏えい流量は263m<sup>3</sup>/h（高圧炉心スプレイ系）であり、越流量は十分に大きく没水高さは0.3mを超えないことを確認した。

算出結果を表9.8-2に示す。

表9.8-2 ハッチ，吹抜からの越流量算出結果

区画番号	種別	越流量 (m <sup>3</sup> /h)
R-3F-1	ハッチ	4672* <sup>1</sup>
R-2F-3	ハッチ	4672* <sup>1</sup>
R-B2F-2	ハッチ	2548* <sup>1</sup>
R-B2F-3	ハッチ	2633* <sup>1</sup>
R-M2F-1	吹抜	4882
R-M2F-3	吹抜	1401
R-M2F-5	吹抜	1715
R-1F-8	吹抜	2761
R-1F-9	吹抜	1146
R-MB1F-1	吹抜	1363
R-MB1F-2	吹抜	4002
R-MB1F-3	吹抜	1099
R-MB1F-4	吹抜	2463
R-3F-2	吹抜	1187
R-3F-4	吹抜	1187
R-3F-5	吹抜	2683
R-M3F-3-1	吹抜	1596
R-2F-6-2	吹抜	1906
R-2F-7-1	吹抜	1395* <sup>1</sup>
R-2F-8-2	吹抜	1906
R-M2F-9	吹抜	1699
C-2F-3	吹抜	1656
C-MB1F-1	吹抜	1019* <sup>1</sup>
C-MB2F-1	吹抜	2695

注記\*1：開口4辺のうち，小さい2辺からの流出を想定

### 3. 床ドレンからの排水

#### 3.1 床ドレンからの流出量

内部溢水影響評価において、床ドレンからの流出を考慮する場合については、以下の通りとする。床ドレンからの排水イメージを図 9.8-3 に示す。

##### (1) 評価条件

- ・同一区画に目皿が複数ある場合は、床ドレン一箇所の閉塞を考慮した上で、他の床ドレン配管からの単位時間あたりの流出を考慮する。
- ・床ドレンからの流出流量は、開口有効面積と当該区画の水位を用いて以下の式より算出する。

$$Q = A C \sqrt{2 g H} \dots\dots\dots \text{②式}$$

Q : 流量 (m<sup>3</sup>/s)

A : 開口の有効面積 (m<sup>2</sup>)

H : 当該区画の水位 (m)

C : 流出流量損失係数 (=0.82)

g : 重力加速度 (m/s<sup>2</sup>)

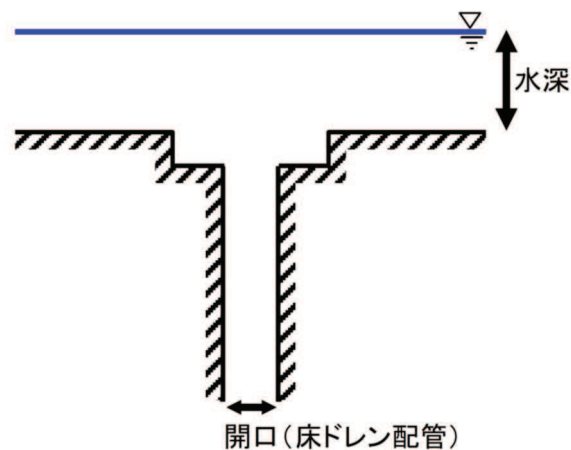


図 9.8-3 床ドレンからの排水イメージ

#### 4. 流下開口（扉）からの排水

##### 4.1 扉からの流出量

常時開の扉開口を想定し、カーブを乗り越えて溢水が伝播する際の越流水深と越流量との関係については、「2.1 ハッチ、吹抜からの流出量」における①式を用いる。扉からの排水イメージを図 9.8-4 に示す。

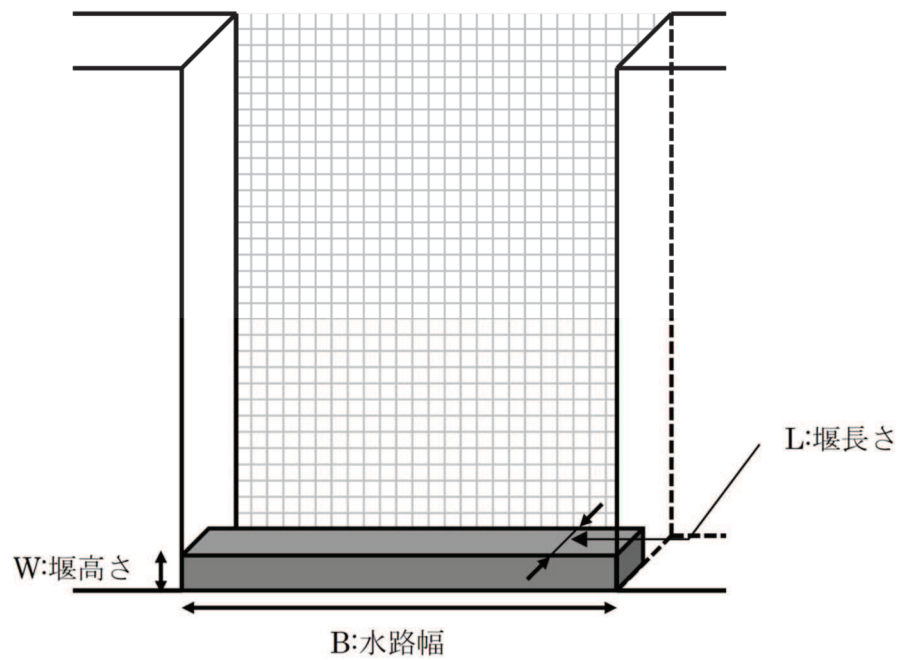


図 9.8-4 扉からの排水イメージ



#### 4.2 算出結果

前述の式から越流量を算出した結果を表 9.8-3 に示す。没水高さ 0.3m の場合、扉（1 箇所）での越流水深は 0.17m となり、越流量は 331m<sup>3</sup>/h となる。原子炉建屋について、扉からの排出を期待する系統のうち、原子炉建屋原子炉棟における最大漏えい流量は 263m<sup>3</sup>/h（高压炉心スプレイ系）、原子炉建屋付属棟における最大漏えい量は 201m<sup>3</sup>/h（原子炉補機冷却水系）であり、扉からの流出量が上回っているため、没水高さ 0.3m 以上に達することはない。

表 9.8-3 扉の諸元と越流量算出結果（没水高さ 0.3m の場合）

項目	記号	値	備考
堰高さ【カーブ高さ】(m)	W	0.13	
堰長さ【カーブ奥行き】(m)	L	0.3	
越流水深(m)	h	0.17	
堰の幅【開口幅】(m)	B	0.8	躯体開口は 1m
越流量(m <sup>3</sup> /h)	Q	331	

## 5. 流下開口（床開口）からの排水

### 5.1 床開口からの流出量

建屋内の床面に開口を設置する対策について、開口部からの流出流量が想定破損時による系統流量を上回ることを確認する。図 9.8-5 に床開口からの排水イメージを示す。

#### (1) 評価条件

- ・床開口は満水流れとして評価を実施する。
- ・床開口は円形とし、 $\Phi 75\text{mm}$  と設定する。
- ・床開口からの流出流量は、以下の式より算出する。式のとおり、流量は落差が大きいほど大きくなるため、スラブ上の滞留深さは考慮せず、落差としてはスラブ厚さを考慮する。

$$Q=A\sqrt{\frac{2gH}{\lambda\frac{L}{d}+\sum\xi+1}} \dots\dots\dots \text{②式}$$

Q：流量 ( $\text{m}^3/\text{s}$ )

A：開口の有効面積 ( $\text{m}^2$ )

H：落差 (m)

d：内径 (m)

L：直管長 (m)

$\xi$ ：損失係数

$\lambda$ ：摩擦係数

g：重力加速度 ( $\text{m}/\text{s}^2$ )

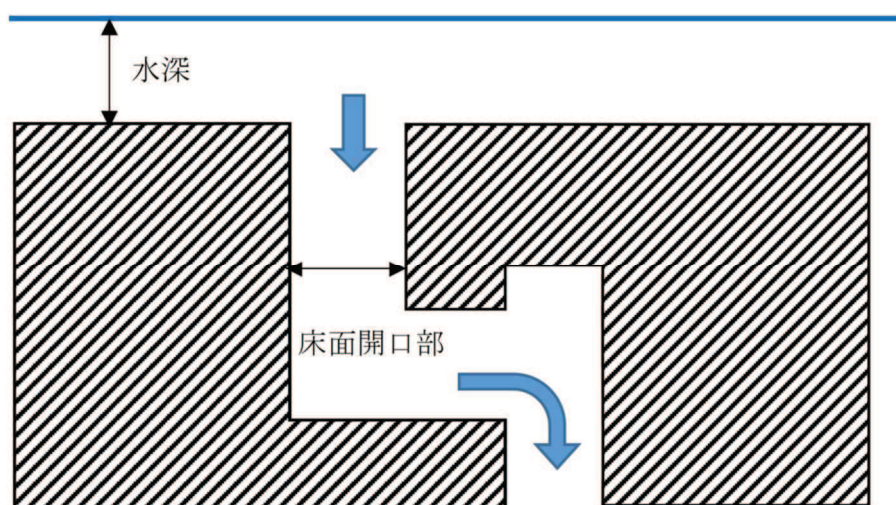


図 9.8-5 床開口からの排水イメージ

## 5.2 算出結果

床開口 1 箇所当たりの流出流量は 29.2m<sup>3</sup>/h となった。表 9.8-4 に床開口の諸元及び算出結果を示す。また、この条件をもとに、想定破損時の系統流量が排出可能な必要開口数を表 9.8-5 に示す。必要開口数を設置することにより、床面からの開口から系統流量が排出可能であることを確認した。

表 9.8-4 床開口の諸元と流出流量算出結果

項目	記号	値	備考
内径(m)	d	0.075	
摩擦係数	$\lambda$	0.06	最も粗度の高いコンクリート管（管壁の粗度 0.03）を想定
直管長(m)	L	0.3	スラブ厚さ
損失係数	$\xi$	0.5	管路入口における損失は、最も損失が大きい角端を想定
重力加速度(m/s <sup>2</sup> )	g	9.80665	
落差(m)	H	0.3	スラブ上の滞留深さは考慮せず スラブ厚さのみを考慮
流量(m <sup>3</sup> /h)	Q	29.2	開口部 1 箇所からの流出流量

表 9.8-5 想定破損時の系統流量が排出可能な必要開口数

区画番号	区画内系統漏えい流量(m <sup>3</sup> /h)*	床開口数	床開口からの流出流量(m <sup>3</sup> /h)
C-3F-3	20.1(消火系)	1	29.2
C-3F-4	9.1(所内用水)	1	29.2
C-2F-3	155(HNCW)	6	175.5
C-1F-4			

注記\*：区画内系統漏えい流量(m<sup>3</sup>/h)の値は、保守的に当該区画内を通過する配管口径ではなく、当該系統における最大口径を用いて評価した値

6. 今後の運用管理について

女川原子力発電所原子炉施設保安規定に基づく規定文書として制定する「内部洪水対応要領書（仮称）」に、以下の内容を明記することとする。

- (1) 内部洪水影響評価において、流下を考慮している開口部は、それが分かるように現場に表示を行うこと。
- (2) 内部洪水影響評価において、流下を考慮している開口部へ落下防止対策（ネットの設置、フェンスの設置等）を実施する場合は、カーブからの越流に影響を及ぼさないように配慮すること。

## 9.9 鉄筋コンクリート壁の水密性について

原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋，緊急時対策建屋，緊急用電気品建屋（以下「各建屋」と言う），軽油タンクエリア，復水貯蔵タンクエリア，海水ポンプエリア（以下「各土木構造物」と言う）において，基準地震動  $S_s$  による耐震壁等<sup>\*1</sup>のひび割れの影響について確認する。

なお，基準地震動  $S_s$  により建屋コンクリートに発生する可能性のあるひび割れのうち，曲げひび割れについては水平方向に発生するため地震後の残留ひび割れは自重により閉じる<sup>\*2</sup>ことから，せん断ひび割れを対象とする。

注記 \*1：天井に達する壁は，床及び天井と一体となった構造体であり，地震により生じるせん断変形は耐震壁と同様となるため，耐震壁同等にせん断変形による評価が可能とする。

\*2：「耐震安全解析コード改良試験 原子炉建屋の弾塑性試験 試験結果の評価に関する報告書（平成6年3月 財団法人 原子力発電技術機構）」

### 9.9.1 各建屋耐震壁のせん断ひび割れの可能性

原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋については，地震応答解析における耐震壁の最大応答せん断ひずみとコンクリートにひび割れが発生するせん断ひずみの目安値  $0.00025^*$  ( $0.25 \times 10^{-3}$ ) を比較することによりせん断ひび割れの発生可能性について確認する。また，緊急時対策建屋，緊急用電気品建屋については，地震応答解析における耐震壁のせん断変形 ( $\tau - \gamma$  関係) が，第1折点に納まる場合，水密性に影響のあるせん断ひび割れは生じないと判断する。

軽油タンクエリア，復水貯蔵タンクエリア，海水ポンプエリアについては，3次元構造解析における加振方向に平行な壁（隔壁，妻壁）のせん断変形 ( $\tau - \gamma$  関係) が，第1折点に納まる場合，水密性に影響のあるせん断ひび割れは生じないと判断する。

地震応答解析結果より，原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋については，最大応答せん断ひずみは表 9.9-1～表 9.9-3 に示すとおり，コンクリートにひび割れが発生するせん断ひずみの目安値  $0.25 \times 10^{-3}$  を超えている結果があることから，残留ひび割れを考慮した評価を実施する。また，緊急時対策建屋，緊急用電気品建屋のせん断変形 ( $\tau - \gamma$  関係) は表 9.9-4 および表 9.9-5 に示すとおり，緊急時対策建屋は，第1折点を超えている結果があることから，残留ひび割れを考慮した評価を実施する。緊急用電気品建屋については第1折点に納まることから水密性に影響のあるせん断ひび割れは生じない。

各土木構造物に対する3次元構造解析結果より軽油タンクエリア，復水貯蔵タンクエリア，海水ポンプエリアのせん断変形 ( $\tau - \gamma$  関係) は表 9.9-6～表 9.9-8 に示すとおり，第1折点に収まることから水密性に影響のあるせん断ひび割れは生じない。

注記\* 日本建築学会 1999年 鉄筋コンクリート構造計算規準・同解説  
- 許容応力度設計法 -

表 9.9-1 原子炉建屋 基準地震動 S<sub>s</sub> による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 <sup>-3</sup> )	
階	O.P. (m)	NS	EW
B1F	15.0 ~ 6.0	0.773	0.775
B2F	6.0 ~ -0.8	0.554	0.521
B3F	-0.8 ~ -8.1	0.883	0.721

表 9.9-2 制御建屋 基準地震動 S<sub>s</sub> による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 <sup>-3</sup> )	
階	O.P. (m)	NS	EW
B1F	15.00 ~ 8.00	1.059	1.260
B2F	8.00 ~ 1.5	0.996	0.777

表 9.9-3 タービン建屋 基準地震動 S<sub>s</sub> による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 <sup>-3</sup> )	
階	O.P. (m)	NS	EW
B1F	15.00 ~ 7.60	0.877	0.777
B2F	7.60 ~ 0.80	1.014	0.820

表 9.9-4 緊急時対策建屋 基準地震動 S<sub>s</sub> による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 <sup>-3</sup> )			
階	O.P. (m)	NS	EW	第1折点	
				NS	EW
B1F	62.2 ~ 57.3	0.257	0.256	0.185	0.184
B2F	57.3 ~ 51.5	0.271	0.271	0.190	0.189

表 9.9-5 緊急用電気品建屋 基準地震動 S<sub>s</sub> による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 <sup>-3</sup> )			
階	O.P. (m)	NS	EW	第1折点	
				NS	EW
B1F	62.90 ~ 56.40	0.059	0.034	0.174	0.171

表 9.9-6 軽油タンクエリア 基準地震動  $S_s$  による 3次元構造解析結果一覧

評価部位	最大応答せん断ひずみ ( $\times 10^{-3}$ )	
	発生面内せん断ひずみ	第 1 折点
側壁	0.079	0.144

表 9.9-7 復水貯蔵タンクエリア 基準地震動  $S_s$  による 3次元構造解析結果一覧

評価部位	最大応答せん断ひずみ ( $\times 10^{-3}$ )	
	発生面内せん断ひずみ	第 1 折点
側壁	0.129	0.144

表 9.9-8 海水ポンプエリア 基準地震動  $S_s$  による 3次元構造解析結果一覧

評価部位	最大応答せん断ひずみ ( $\times 10^{-3}$ )	
	発生面内せん断ひずみ	第 1 折点
妻壁	0.144	0.144



9.9.2 原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋，緊急時対策建屋の水密性の考慮について  
原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋，緊急時対策建屋地下部のコンクリート壁（以下「RC壁」という。）について，基準地震動  $S_s$  における最大せん断ひずみに基づき残留ひび割れ幅を算定し，水密性（ひび割れからの漏えい）の観点からの評価基準値を超えないことを確認する。

### 9.9.3 検討方法

#### (1) 残留ひび割れに対する水密性の検討

（財）原子力工学試験センターでの原子炉建屋の耐震壁に関する試験結果をとりまとめた「鉄筋コンクリート造耐震壁のせん断ひびわれ性状に関する検討（昭和63年コンクリート工学年次論文報告集）」における残留ひび割れの検討に基づき，基準地震動  $S_s$  における最大応答せん断ひずみから，試験結果のばらつきを踏まえた残留ひび割れ幅を検討する。この検討結果が，「原子力施設における建築物の維持管理指針・同解説（日本建築学会）」における水密性の観点から補修の検討が必要となるひび割れ幅の評価基準値（0.2 mm）を超えないことを確認する。

#### (2) 溢水影響評価への影響の検討

残留ひび割れに対する水密性の検討を踏まえ，溢水影響評価に及ぼす影響について確認する。

上記で記載する検討フローを図 9.9-1 に示す。

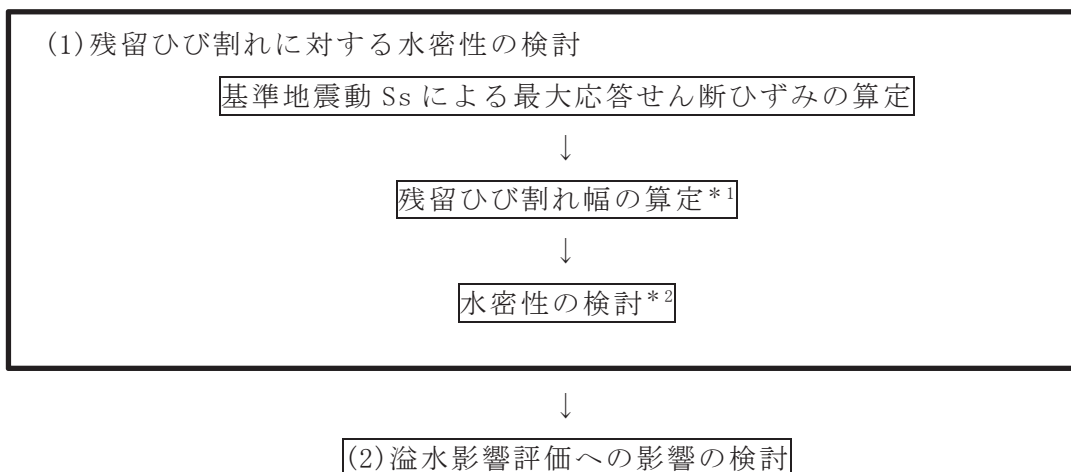


図 9.9-1 検討フロー

注記 \*1：「鉄筋コンクリート造耐震壁のせん断ひびわれ性状に関する検討」（昭和63年コンクリート工学年次論文報告集）

\*2：日本建築学会 2015年 原子力施設における建築物の維持管理指針・同解説

#### 9.9.4 検討結果

##### (1) 残留ひび割れに対する水密性

残留ひび割れの算定結果を図 9.9-2 及び図 9.9-3 に示す。

##### (2) 残留ひび割れ幅の算定

地震応答解析によるせん断ひずみより「鉄筋コンクリート造耐震壁のせん断ひびわれ性状に関する検討（昭和 63 年コンクリート工学年次論文報告集）」に基づき、残留ひび割れ幅を算定し比較する。

##### a. 残留ひび割れ幅の算定

##### ① 残留ひび割れ幅の総計

図 9.9-7 より、最大せん断ひずみ (X) に対応する (Y) の値をグラフから読み取る。

$$Y = 25 \sim 330 (\times 10^{-6})$$

ここで、Y：残留ひび割れ幅の総計

X：せん断ひずみ ( $0.257 \sim 1.260 \times 10^{-3}$ )

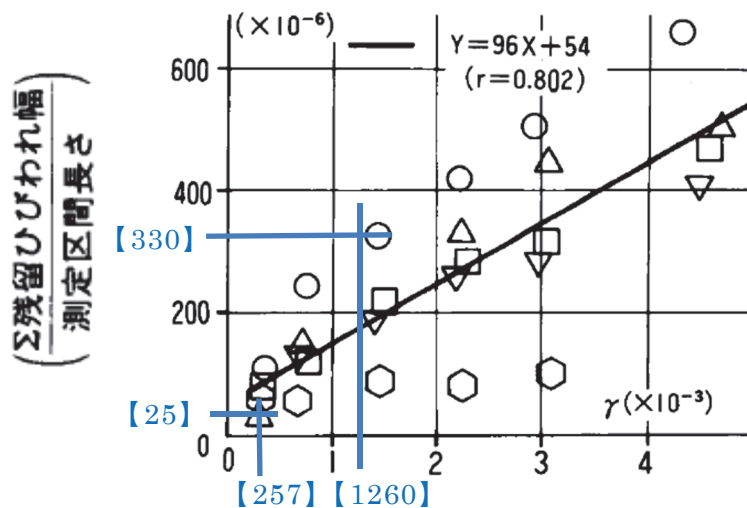


図 9.9-2 残留ひび割れ幅の総計／測定区間長さ

② 平均ひび割れ間隔の算定

$$A = B \times C = 200 \times 6.8 \sim 2.6 = 1360 \sim 520 \text{ (mm)}$$

ここで、A：平均ひび割れ間隔 (mm)

B：溢水区画の最大鉄筋間隔 (mm)

C：平均ひび割れ間隔／鉄筋間隔 (6.8～2.6)

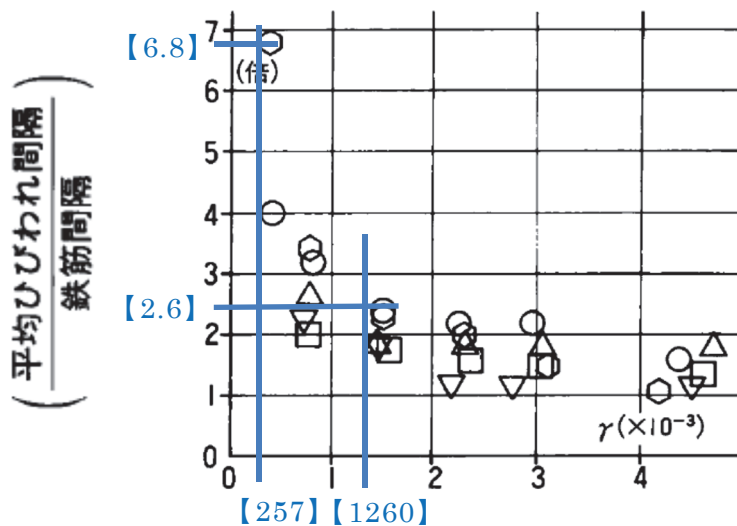


図 9.9-3 平均ひび割れ間隔／鉄筋間隔

③ 残留ひび割れ幅の算定

①及び②の結果から、ひび割れ 1 本当たりの残留ひび割れ幅を下式で算定する。

ひび割れ 1 本当たりの残留ひび割れ幅

$$= \text{残留ひび割れ幅の総計} / \text{ひび割れ本数}$$

$$= \text{残留ひび割れ幅の総計} / (\text{測定区間長さ} / \text{平均ひび割れ間隔})$$

$$= Y \times A$$

$$= 25 \sim 330 (\times 10^{-6}) \times 1360 \sim 520 \text{ (mm)}$$

$$= 0.034 \sim 0.172 \text{ (mm)} \Rightarrow 0.03 \sim 0.17 \text{ (mm)}$$

(3) 残留ひび割れからの溢水評価への影響確認

算定した残留ひび割れ幅は、「原子力施設における建築物の維持管理指針・同解説 (日本建築学会)」に示される、コンクリート構造物の水密性に影響を与える評価基準である「0.2 mm」未満のため、ひび割れからの浸水影響はない。

#### 9.9.5 耐震壁等のひび割れからの漏水による溢水影響

算定した残留ひび割れ幅は、評価基準「0.2 mm」未満であり、外壁からの漏水は発生しないと考えられるが、万が一、漏水が発生したと仮定した場合の溢水影響について検討する。

##### (1) 漏水量の評価方法

地下外壁からの漏水量は「コンクリートのひび割れ調査，補修・補強指針-2013-付：ひび割れの調査と補修・補強事例(社団法人日本コンクリート工学協会)」における漏水量の算定式に基づき、応答せん断ひずみ，作用圧力(水圧)，壁厚，ひび割れ長さ等から算出する。また、溢水を想定するエリアの床面積を考慮した場合の水位上昇量を求める。

(漏水量評価式)

$$Q = C_w \cdot L \cdot w^3 \cdot \Delta P / (12 \nu \cdot t)$$

ここに、

Q : 漏水量 (mm<sup>3</sup>/s)

C<sub>w</sub> : 低減係数

L : ひび割れ長さ (mm)

w : ひび割れ幅 (mm)

ν : 水の粘性係数 [20℃での値 1.002×10<sup>-9</sup>Ns/mm<sup>2</sup>とする]

ΔP : 作用圧力 (N/mm<sup>2</sup>)

t : 部材の厚さ (ひび割れ深さ) (mm)

(算定条件)

C<sub>w</sub> : 壁厚さ 1 m の実験結果「沈埋トンネル側壁のひび割れからの漏水と自癒効果の確認実験」：コンクリート工学年次論文報告集 Vol.17 No.1 1995 に基づく値 0.01 を採用

L : ひび割れ長さは、地震時のせん断ひび割れを対象としていることから、各階の階高とスパン長さに応じて外壁面に対角上にひび割れが入ると想定し算出

w : 対象壁に生じると推定される残留ひび割れ幅の値

ΔP : 作用圧力は、地上レベル (O.P. 14.8m または O.P. 62.0m) から該当階の床レベルまでの水の比重を 1.0 とした静水頭圧の値

(床面水位上昇量)

$$\text{床面水位上昇量} = \text{漏水量} / \text{床面積}$$

(2) 漏水量の評価結果

漏水量については、地震応答解析によるせん断ひずみより「鉄筋コンクリート造耐震壁のせん断ひびわれ性状に関する検討（昭和 63 年コンクリート工学年次論文報告集）」に基づき算出した「9.9.4 検討結果」の評価結果から、各建屋各階の残留ひび割れ幅を求め、作用圧力(水圧)、壁厚、ひび割れ長さを考慮し算定する。各建屋における漏水量を表 9.9-9 に示す。

選定箇所は、各建屋階層において壁厚が薄く、スパンが長い箇所とする。また、緊急用電気品建屋、軽油タンクエリア、復水貯蔵タンクエリア、海水ポンプエリアの地下外壁については、応答せん断ひずみが、せん断変形（ $\tau-\gamma$  関係）の第 1 折点に納まるため評価対象から除いている。

表 9.9-9 から、外壁 1 スパンの 1 時間あたりの漏水量の最大値は、タービン建屋地下 2 階の 67L/h である。また、外壁に面する溢水防護区画の床面積を考慮した床面水位の上昇量は、1 mm/h 程度であり、柄杓や拭き取り等による回収が十分可能なため、溢水影響はないと考えられる。また、ひび割れ幅が 0.2 mm 未満であれば、自癒効果\*により漏水量は時間の経過に伴って減少することから、さらに漏水影響は軽減される。

注記\* 水中の懸濁物質による目詰まりや、ひび割れ内部のコンクリートの水和反応による固形物質の析出等により時間の経過に伴って減少すること。

表 9.9-9 算定箇所 の 諸元 及び 漏水量 一覧

選定箇所	壁厚 (mm)	スパン 長さ (mm)	せん断 ひずみ ( $\times 10^{-3}$ )	ひび割 れ幅 (mm)	ひび割 れ長さ (mm)	作用圧 力 ( $N/mm^2$ )	漏水量 (L/h)	床面積 ( $m^2$ )	上昇量 (mm/h)
R/B 地下 1 階	1000	13000	0.775	0.17	31600	0.09	40	67	0.83
R/B 地下 2 階	1400	13000	0.554	0.12	29300	0.15	17	229	0.17
R/B 地下 3 階	1400	13000	0.883	0.17	29800	0.22	66	189	0.88
C/B 地下 1 階	600	8500	1.260	0.17	22000	0.07	37	39	0.92
C/B 地下 2 階	800	8500	0.996	0.18	21400	0.13	60	51	1.09
T/B 地下 1 階	1000	12500	0.877	0.17	29100	0.07	28	828	0.30
T/B 地下 2 階*	1000	12500	1.014	0.18	28500	0.14	67	411	0.61
緊急時 対策建屋 地下 1 階	1900	9000	0.257	0.15	20500	0.05	5	118	0.08
緊急時 対策建屋 地下 2 階	2200	9000	0.271	0.15	21400	0.10	10	221	0.10

注記\* : 当該エリアに溢水防護対象設備は設置されていないが、隣接する溢水防護区画への溢水影響を確認するため選定箇所とした。

#### 9.10 経年劣化事象と保全内容

配管については、機器・弁等の定期的な開放点検時の配管内部の目視点検・漏えい試験、日常点検（巡視点検等）により有意な劣化がないことを確認するとともに、クラス1～3配管については供用期間中における検査において非破壊試験・漏えい試験等により有意な欠陥等がないことを確認している。具体的な保全内容について表9.10-1に示す。

また、このような保全に加え、過去の運転経験に基づき個別の経年劣化事象に着目した評価・点検・予防保全を実施している。

このように配管系に対しては適切な損傷防止対策が実施されており、破損の可能性は低いと判断している。

表 9.10-1 経年劣化事象と保全内容

経年劣化事象		保全内容	代表系統
疲労		<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 供用期間中検査により超音波探傷試験，表面試験，漏えい試験等を実施し，有意な結果のないことを確認している。</li> <li>・ 日本機械学会基準「配管の高サイクルネール疲労に関する評価指針」に従って，原子炉隔離時冷却系，原子炉冷却材浄化系，残留熱除去系，ほう酸水注入系における高サイクル熱疲労割れの発生可能性を評価し，損傷の発生が否定できないと評価された配管については非破壊検査を実施するとともに，取替を行う運用としている。</li> <li>・ 日常点検（巡視点検等），配管外観検査等により配管に以上のないことを確認している。</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 原子炉隔離時冷却系（高／低）</li> <li>・ 原子炉冷却材浄化系（高）</li> <li>・ 残留熱除去系（低）</li> <li>・ ほう酸水注入系（低）</li> <li>・ 燃料プール冷却浄化系（低）</li> <li>・ 高圧炉心スプレイ系（低）</li> <li>・ 低圧炉心スプレイ系（低）</li> <li>・ 主蒸気系（高）</li> <li>・ 給水系（高）</li> </ul>
	応力腐食割れ		
腐食	流れ加速型腐食（減肉）	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 日本機械学会「沸騰水型原子力発電所配管減肉管理に関する技術規格」に基づき，減肉が想定される系統に対して超音波により厚さを測定し，その結果を基に余寿命評価を実施している。</li> <li>・ 日常点検（巡視点検等），配管外観検査等により配管に以上のないことを確認している。</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 主蒸気系（高）</li> <li>・ 給水系（高）</li> <li>・ 給水加熱器ドレン系（高）</li> </ul>
	全面腐食	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 機器の分解点検時に出入口配管の内部を確認し，有意な腐食がないことを確認している。</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 原子炉補機冷却水系（低）</li> <li>・ 残留熱除去系（低）</li> <li>・ 高圧炉心スプレイ系（低）</li> <li>・ 低圧炉心スプレイ系（低）</li> </ul>
	海水による腐食	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 海水を内包する配管については防食を目的としたライニングを行っている。また，定期的に開放点検にて目視検査やライニング膜厚測定を実施し，健全性を確認している。</li> <li>・ 日常点検（巡視点検等），配管外観検査等により配管に以上のないことを確認している。</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>・ 原子炉補機冷却海水系（低）</li> <li>・ 高圧炉心スプレイ補機冷却海水系（低）</li> </ul>

(注) 系統名称の（高／低）の記載は，高エネルギー配管及び低エネルギー配管の分類を示す。



## 9.11 水密扉の開閉運用について

### 1. 水密扉の設置箇所数について

水密扉の開閉運用については、内部溢水影響評価において期待する水密扉を対象とする。対象とする水密扉を表 9.11-1 に示す。

表 9.11-1 水密扉設置箇所数

設置建屋	設置	設置数
原子炉建屋	O.P. 22.50m	3 箇所
	O.P. 15.00m	12 箇所
	O.P. 6.00m	1 箇所
	O.P. -0.80m	1 箇所
	O.P. -8.10m	11 箇所
制御建屋	O.P. 23.50m	1 箇所
	O.P. 19.50m	1 箇所
	O.P. 15.00m	6 箇所
	O.P. 8.00m	5 箇所
	O.P. 1.50m	6 箇所
タービン建屋	O.P. 0.80m	1 箇所
軽油タンクエリア	O.P. 9.50m	4 箇所
海水ポンプ室	O.P. 3.00m	3 箇所

### 2. 水密扉の運用について

水密扉は、原則「常時閉止」としており、通行等に伴い開閉する場合においても、確実に閉止することを社員及び協力会社作業員に周知する。また、運用については、以下の内容にて徹底を図ることとする。

- ・水密扉は原則「常時閉止」とする。通行、作業等により一時的に開放した場合は、作業実施箇所等にて都度確実に閉止する。また、中央制御室で遠隔監視し、開放状態を検知した場合は閉止操作を実施する。
- ・防護扉を兼用している水密扉及び屋外に設置されている水密扉は、施錠管理を行う。

- ・ 定期検査等の作業において、資機材運搬等で作業性の観点から長時間開放する必要がある場合は、申請手続きを実施し、許可条件を満足する場合に長時間開放を可とする。

### 3. 開放時の注意喚起

開放時の注意事項として、現場の水密扉自体に注意を促す掲示を実施する。また、水密扉（施錠管理とする水密扉を除く）は、開放時は水密扉に設置した注意喚起装置（開表示、ブザー告知装置）を鳴動させる。さらに、5分以上開放状態が継続した場合には、中央制御室に設置されている水密扉開閉監視盤に警報を発信するとともに、事前の許可が無いときは、速やかに閉止する運用を実施する。

### 4. 水密扉の運用の周知方法について

社員及び協力会社作業員に対して、水密扉の運用管理に関する教育を実施し、運用順守を徹底する。

## 水密扉開閉監視装置の耐震設計について

## 1. はじめに

水密扉の運用を確実に実施するためには、設備の健全性が必要となり、水密扉本体においては地震時及び地震後において期待する水密扉は基準地震動  $S_s$  による地震力に対して、それ以外の水密扉は要求される地震力に対して機能を損なうおそれのない設計としている。また、電力自主設備として設置する水密扉開閉監視装置についても、各水密扉に要求する地震力と同じ地震力に対して、要求される機能を損なうおそれのない設計とする。水密扉は、カンヌキが掛かることで完全閉止状態となるので、完全閉止状態となる位置に水密扉開閉状態検出器を取り付ける。

## 2. 対象設備について

水密扉開閉監視装置の構成図（例）を図 9.11-1 に示す。また、水密扉設置状況を図 9.11-2 に示す。

## 3. 水密扉開閉監視装置の耐震設計について

地震時及び地震後において期待する水密扉に設置する水密扉開閉状態検出器、中央制御室に設置する水密扉開閉監視盤、非常用電源設備等については、基準地震動  $S_s$  による地震力に対して耐震健全性を確保する。

## 4. 水密扉の配置

水密扉の配置及び施錠管理または警報管理の区分、監視設備の  $S_s$  機能維持の有無について、図 9.11-3 に示し、凡例を以下に示す。なお、水密扉の開閉管理は、施錠管理又は警報監視を行うこととし、現状の計画を示す。

## 【図 9.11-3 の凡例】

施錠管理：施錠管理をしている水密扉に「○」

警報管理：開放状態が継続した場合に、中央制御室に設置されている水密扉開閉監視盤に警報が発報される水密扉に「○」

$S_s$  機能維持：地震起因の内部溢水に対し機能を期待する水密扉のうち、 $S_s$  機能維持をする監視設備がついているものに「○」

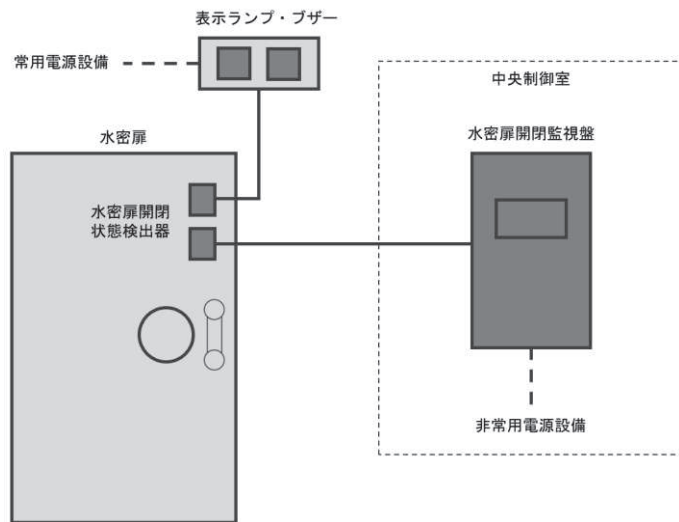


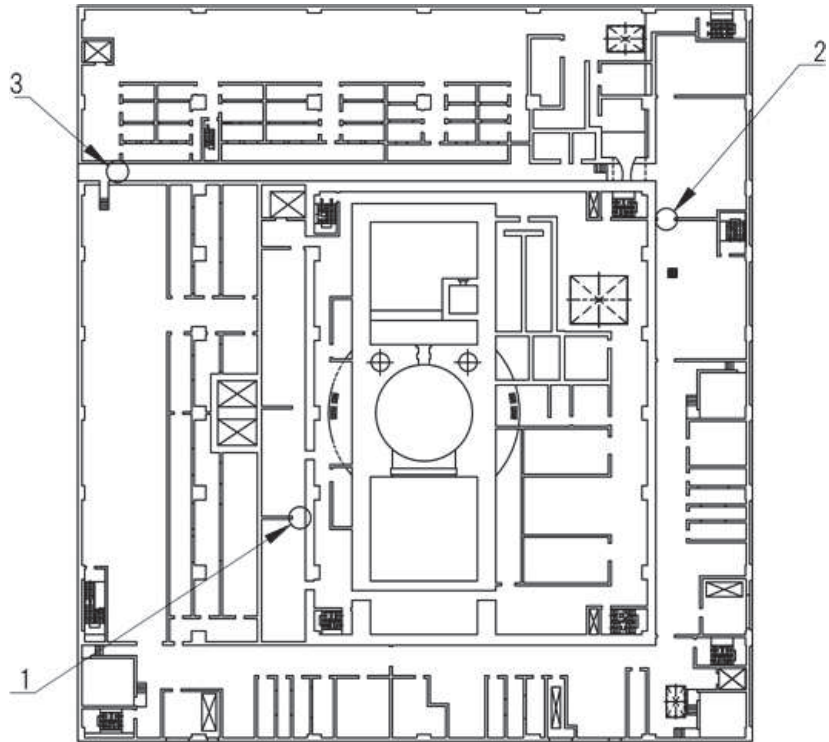
図 9.11-1 水密扉開閉監視装置の構成図 (例)



図 9.11-2 水密扉設置状況

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図

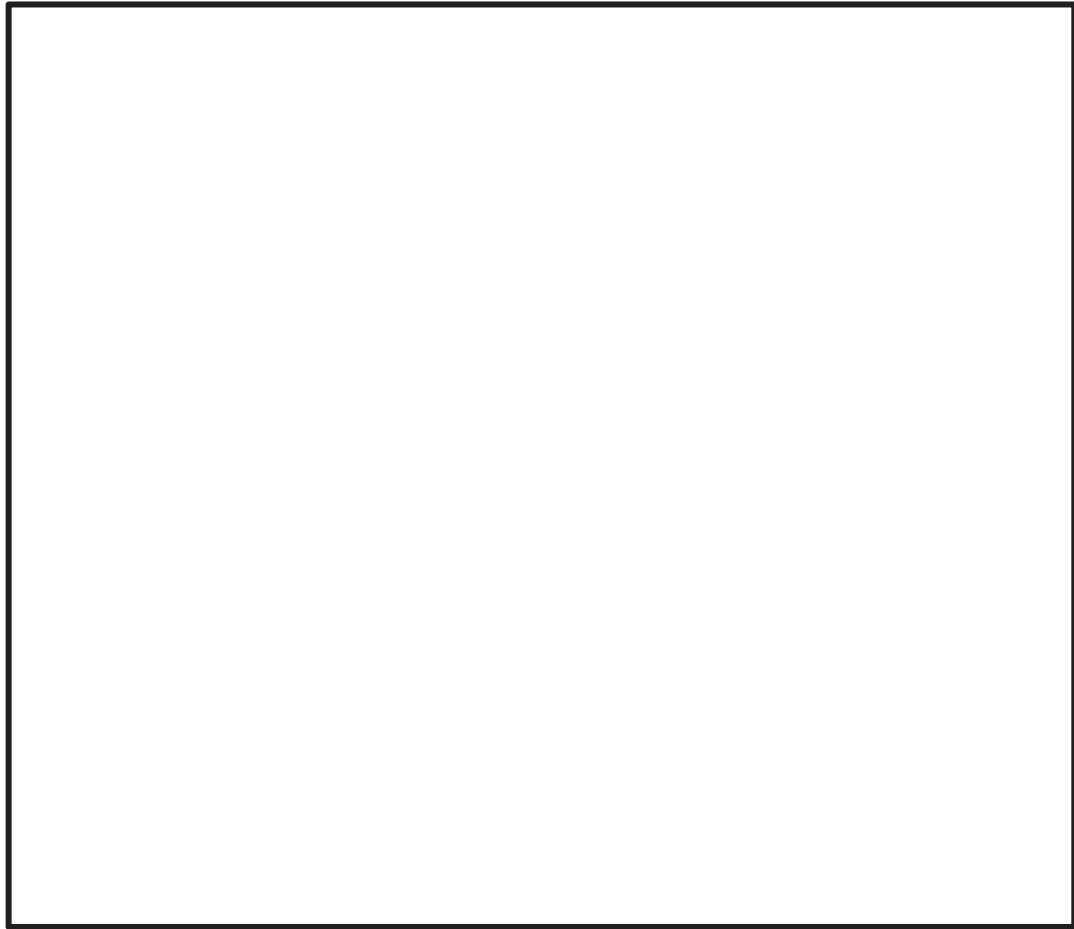


原子炉建屋 0.P. 22.50m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	SGTS ヒータユニット(A)室浸水防止水密扉	—	○	—
2	HECW 冷凍機(B)(D)室-HECW 冷凍機(A)(C)室浸水防止水密扉	—	○	—
3	制御建屋共通エリア浸水防止水密扉	—	○	—

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (1/13)

配置図



原子炉建屋 0. P. 15.00m

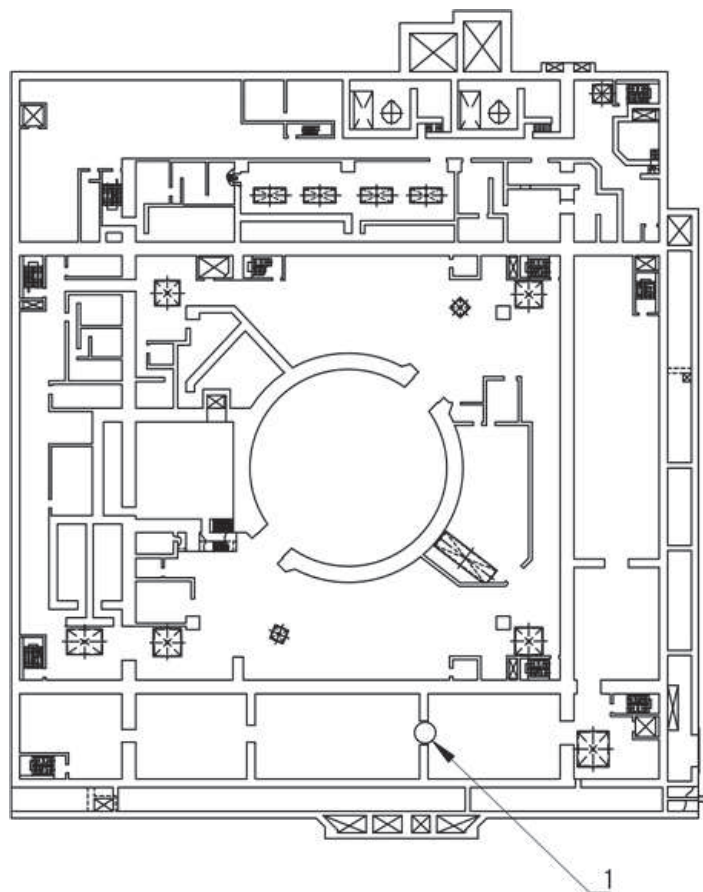
No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	RHR Hx(A)室-RHR Hx(B)室浸水防止水密扉	—	○	○
2	原子炉建屋浸水防止水密扉 (No. 2)	—	○	○
3	原子炉建屋浸水防止水密扉 (No. 1)	—	○	○
4	D/G(B)室-D/G(HPCS)室浸水防止水密扉	—	○	—
5	RW 電気品室(B)浸水防止水密扉	—	○	—
6	北西階段室管理区域外伝播防止水密扉	—	○	○
7	原子炉建屋大物搬入口	○	—	—
8	原子炉建屋管理区域外伝播防止水密扉 (No. 3)	○	—	—
9	RW 制御室管理区域外伝播防止水密扉	○	—	—
10	原子炉建屋管理区域外伝播防止水密扉 (No. 1)	—	○	○
11	原子炉建屋管理区域外伝播防止水密扉 (No. 2)	○	—	—
12	主排気ダクト連絡トレンチ (2T-5)管理区域外伝播防止水密扉	○	—	—

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (2/13)

補-9.11-6

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図

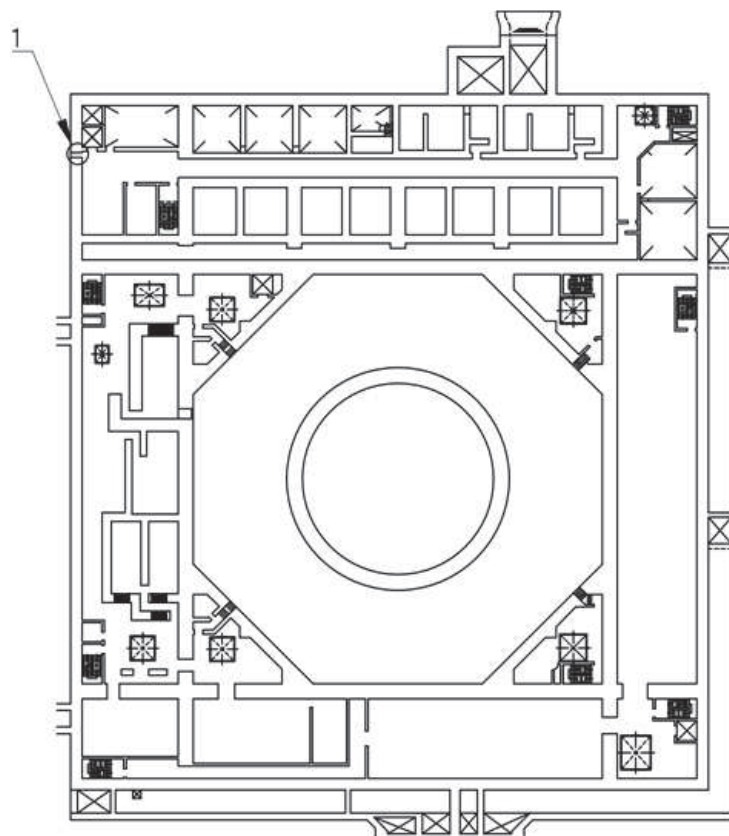


原子炉建屋 0. P. 6. 00m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	区分Ⅲ HPCS 電気品室-区分Ⅱ 非常用電気品室 浸水防止水密扉	-	○	-

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (3/13)

配置図



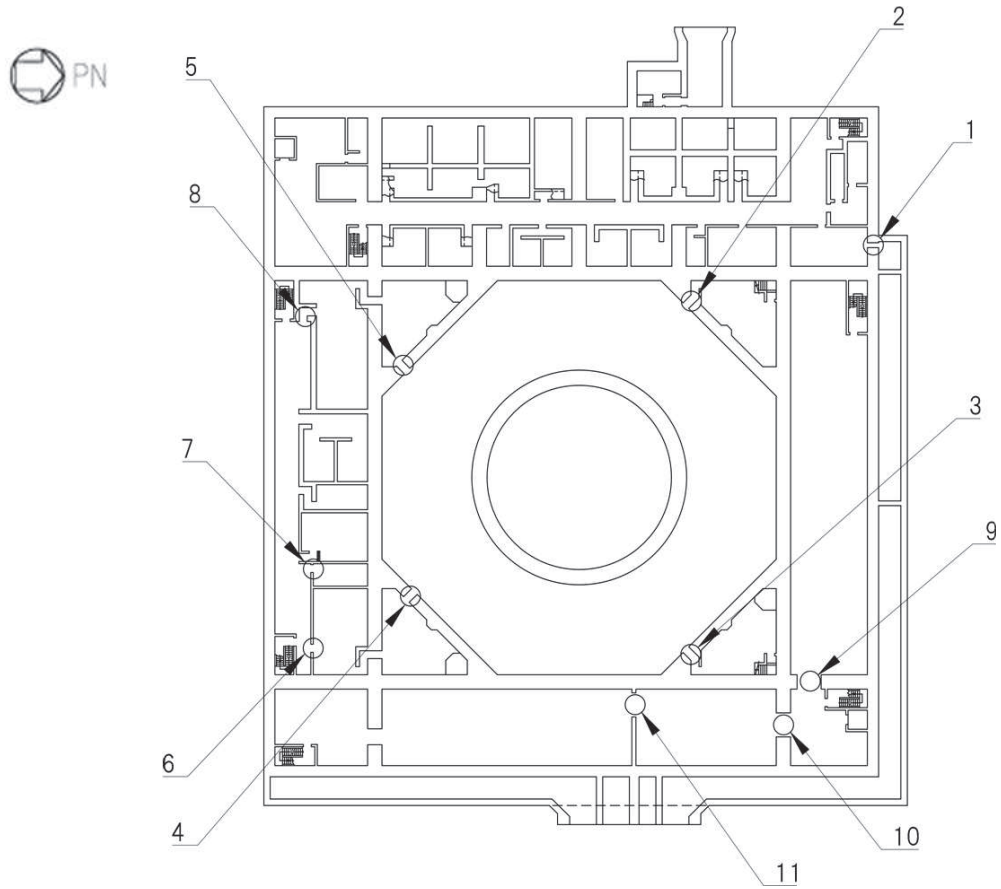
原子炉建屋 0. P. -0.80m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	原子炉建屋浸水防止水密扉 (No. 4)	—	○	○

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (4/13)



配置図



原子炉建屋 0. P. -8.10m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	原子炉建屋浸水防止水密扉 (No. 3)	○	—	—
2	LPCS ポンプ室浸水防止水密扉	—	○	—
3	HPCS ポンプ室浸水防止水密扉	—	○	—
4	RHR ポンプ (B) 室浸水防止水密扉	—	○	—
5	RHR ポンプ (A) 室浸水防止水密扉	—	○	—
6	RHR ポンプ (C) 室-共通通路浸水防止水密扉	—	○	○
7	FPMUW ポンプ室浸水防止水密扉	—	○	○
8	RCIC タービンポンプ室-共通通路浸水防止水密扉	—	○	○
9	RCW Hx (A) (C) 室-共通通路浸水防止水密扉	—	○	—
10	HPCW Hx 室浸水防止水密扉	—	○	—
11	HPCW Hx 室-RCW Hx (B) (D) 室浸水防止水密扉	—	○	—

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (5/13)

配置図



制御建屋 0.P.23.50m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	第2号機 MCR 浸水防止水密扉*	—	—	—

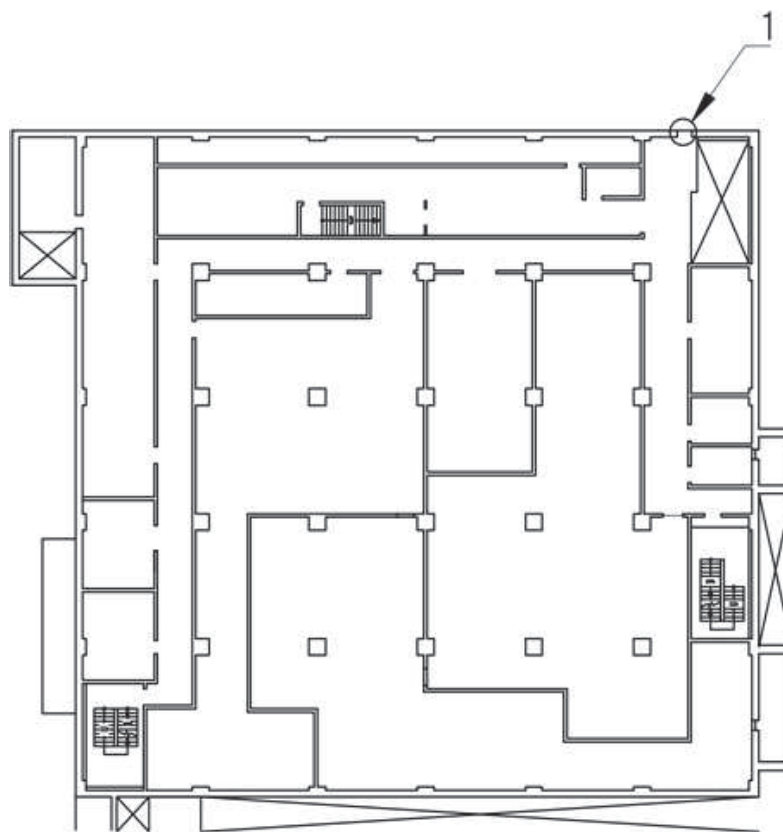
注記 \* : 中央制御室に設置されていることから、開閉状態は管理されている。

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (6/13)

補-9.11-10

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図

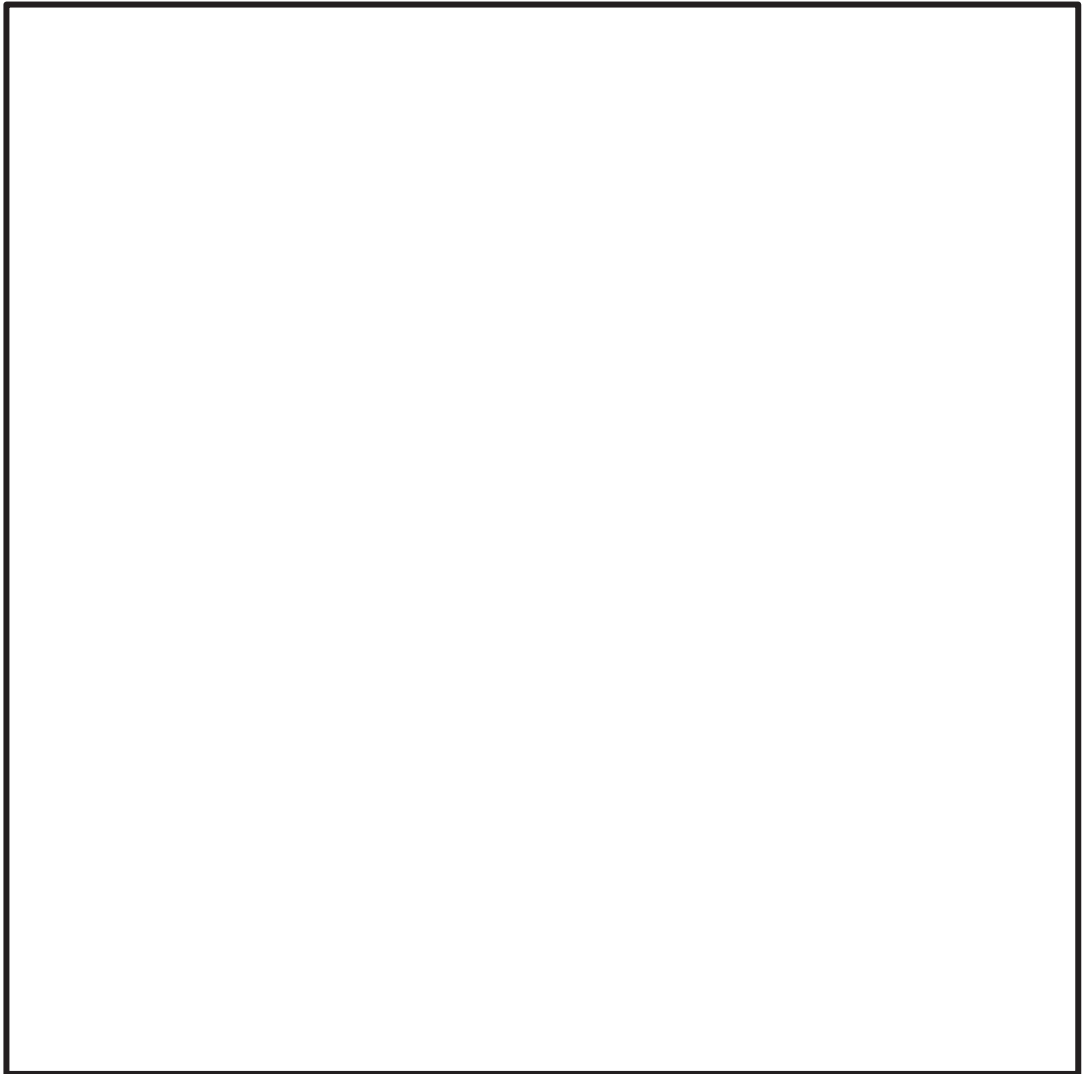


制御建屋 0.P.19.50m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 1)	—	○	○

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (7/13)

配置図



制御建屋 0.P.15.00m

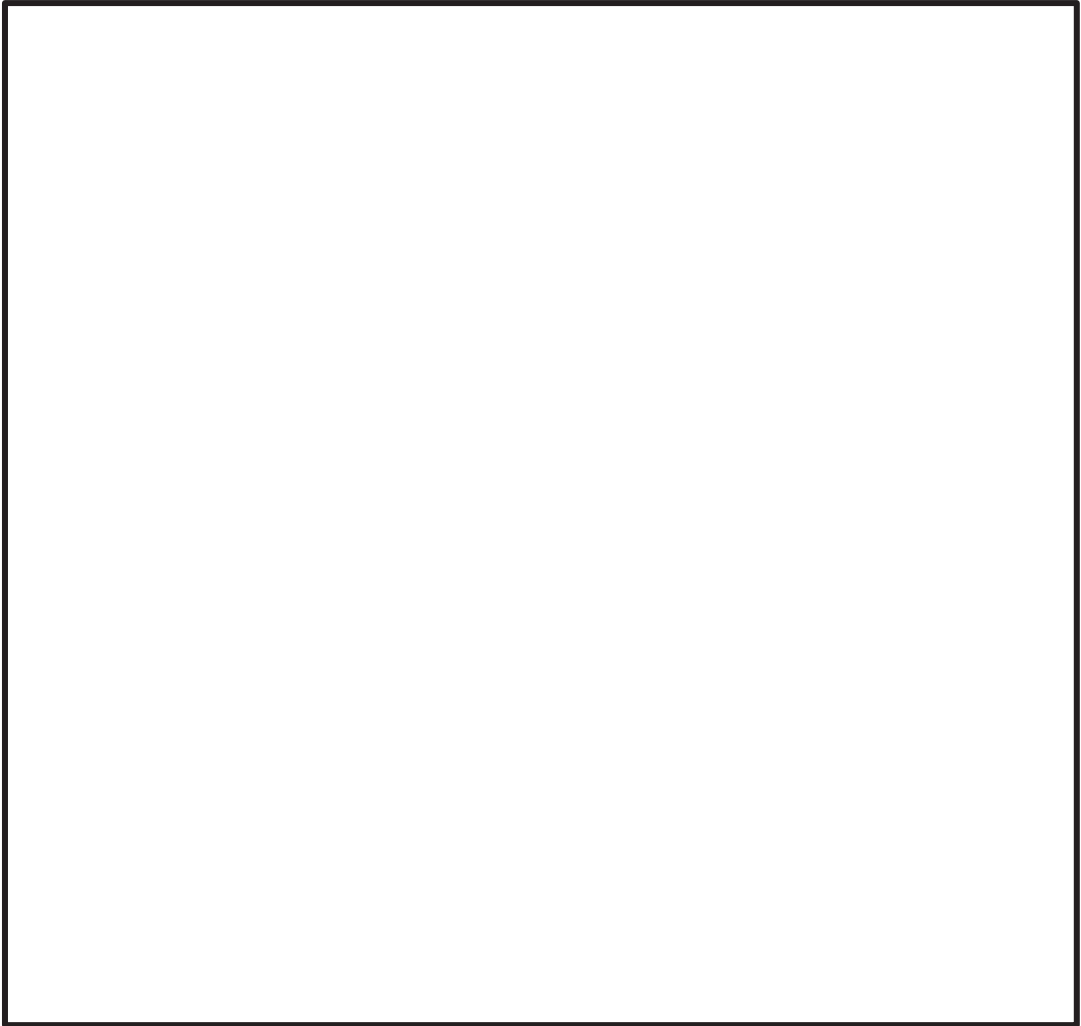
No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 3)	—	○	○
2	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 2)	—	○	○
3	補助ボイラー建屋連絡階段管理区域外伝播防止水密扉	—	○	—
4	制御建屋管理区域外伝播防止水密扉 (No. 1)	—	○	—
5	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 4)	—	○	○
6	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 5)	—	○	○

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (8/13)

補-9.11-12

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図



制御建屋 0.P.8.00m

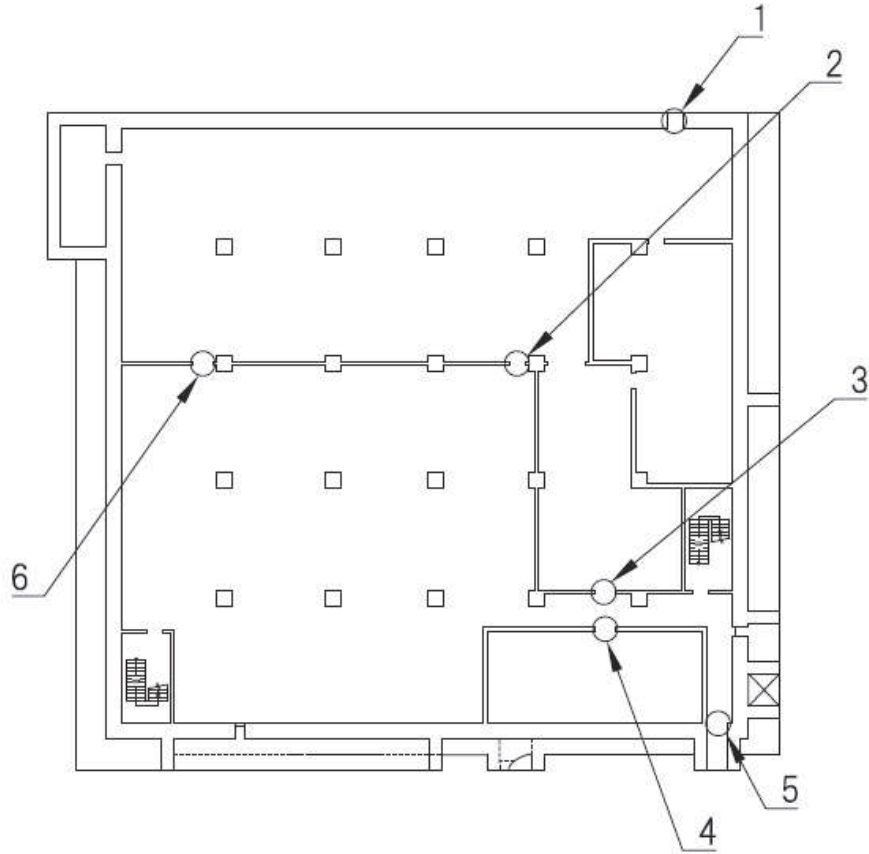
No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	計測制御電源室(B)浸水防止水密扉 (No. 1)	—	○	—
2	計測制御電源室(B)浸水防止水密扉 (No. 3)	—	○	○
3	計測制御電源室(B)浸水防止水密扉 (No. 2)	—	○	—
4	RSS 盤室浸水防止水密扉	○	—	—
5	計測制御電源室(A)-常用および共通 M/C・P/C 室浸水防止水密扉	—	○	—

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (9/13)

補-9.11-13

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図

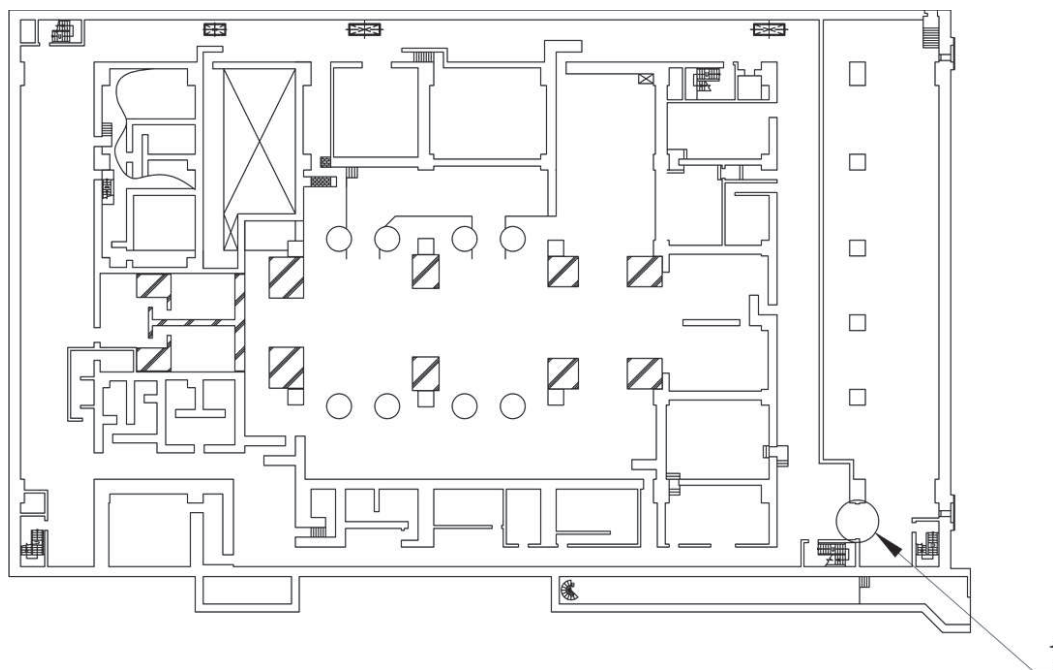


制御建屋 0. P. 1. 50m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	制御建屋空調機械 (A) 室浸水防止水密扉	—	○	○
2	制御建屋空調機械 (A) 室-制御建屋空調機械 (B) 室浸水防止水密扉 (No. 1)	—	○	—
3	250V 直流主母線盤室-制御建屋空調機械 (B) 室浸水防止水密扉	—	○	—
4	ISI 室浸水防止水密扉	—	○	—
5	制御建屋空調機械 (B) 室浸水防止水密扉	—	○	○
6	制御建屋空調機械 (A) 室-制御建屋空調機械 (B) 室浸水防止水密扉 (No. 2)	—	○	—

図 9. 11-3 設置位置 (水密扉) (10/13)

配置図

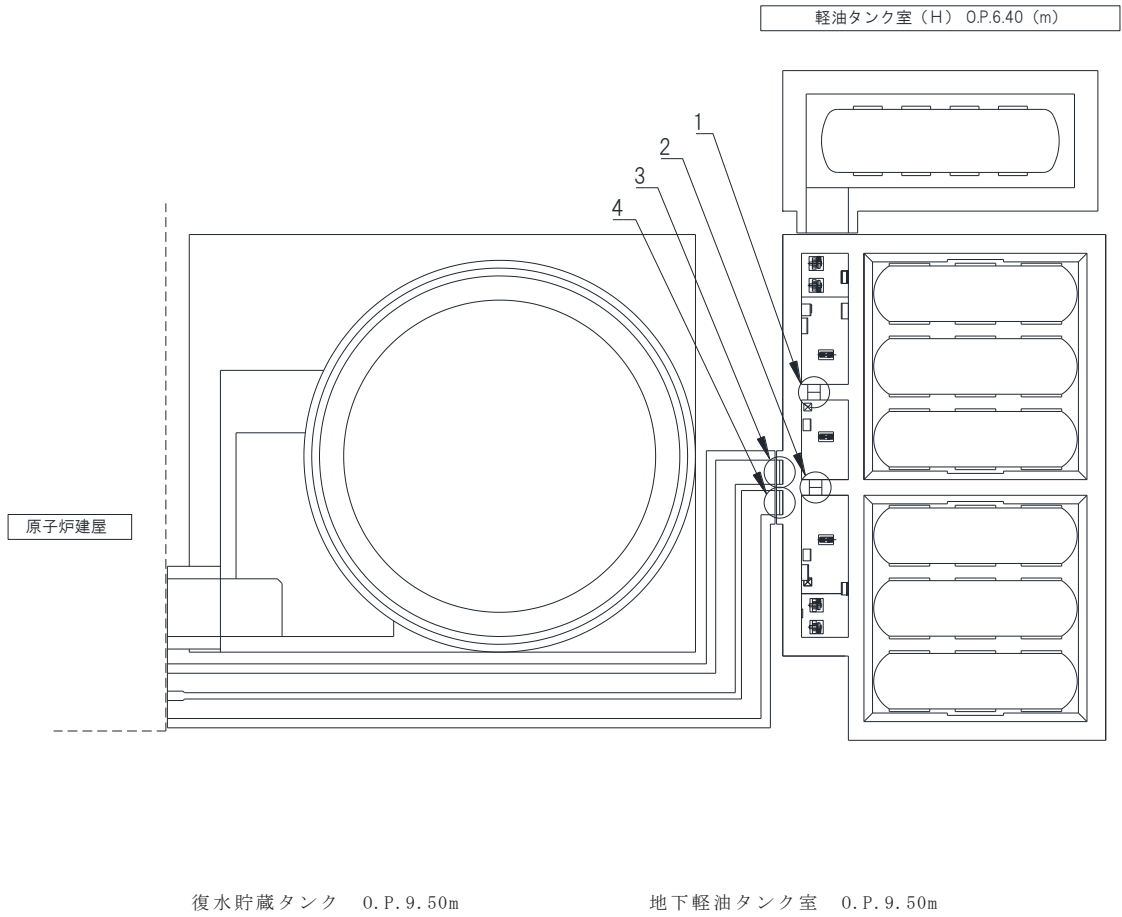


タービン建屋 0. P. 0. 80m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	タービン建屋管理区域外伝播防止水密扉	○	—	—

図 9. 11-3 設置位置（水密扉） (11/13)

配置図

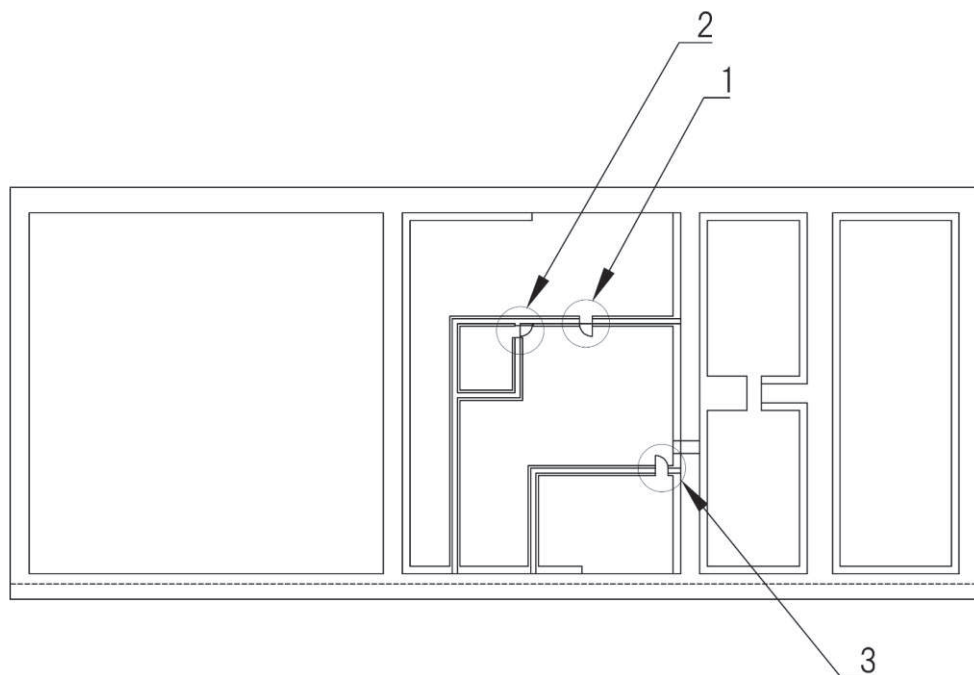


No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	燃料移送ポンプ(H)室-燃料移送ポンプ(A)室浸水防止水密扉	○	-	-
2	燃料移送ポンプ(A)室-燃料移送ポンプ(B)室浸水防止水密扉	○	-	-
3	燃料移送ポンプ(A)室浸水防止水密扉	○	-	-
4	燃料移送ポンプ(B)室浸水防止水密扉	○	-	-

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (12/13)



配置図



第 2 号機海水ポンプ室 0. P. 3. 00m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	RSW ポンプ (A) (C) 室-TSW ポンプ室浸水防止水密扉	○	-	-
2	HPSW ポンプ室浸水防止水密扉	○	-	-
3	TSW ポンプ室-RSW ポンプ (B) (D) 室浸水防止水密扉	○	-	-

図 9. 11-3 設置位置 (水密扉) (13/13)

## 9.12 床ドレンラインの応力評価について

### 1. 概要

本資料は、排水を期待する設備である床ドレンラインに発生する応力評価に関する補足説明資料である。

溢水影響評価において期待する床ドレンラインは、想定する機器の破損等により生じる溢水及び発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水を定められた区画へ排するために設置する。

### 2. 評価において床ドレンラインに排水を期待する区画

床ドレンラインに排水を期待している区画を表 9.12-1 に示す。

表 9.12-1 評価において排水を期待する床ドレンラインが設置されている区画

建屋	区画
原子炉建屋	R-2F-7-1
原子炉建屋	R-2F-6-1
原子炉建屋	R-2F-6-2

### 3. 床ドレンの概要図

排水を期待している床ドレンラインは、原子炉建屋の非管理区域に設置されており、原子炉建屋地下3階に設置されるサンプへ排水する設計である。

床ドレンの概要図を図 9.12-1 に示す。

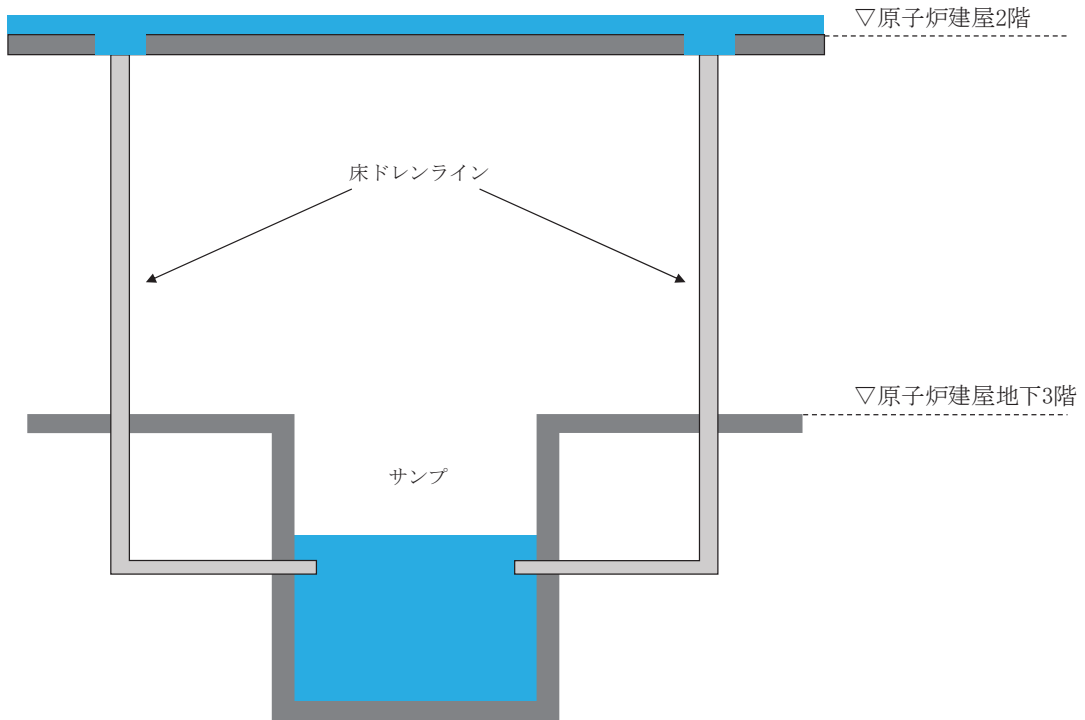


図 9.12-1 排水に期待する床ドレンラインの概要図

#### 4. 床ドレンラインの配管設計

床ドレンラインは発生した溢水をサンプ又はピットへ誘導することを目的としており、当該配管の接続部は、大気解放されている。また、溢水事象等の発生によりサンプ又はピットの水位が上昇し、床ドレンライン配管との接続部が没水した場合は、サンプ又はピットへ排水を妨げる可能性があるが、溢水発生個所が上層階であり、水頭差が大きいことから、その影響は軽微であると考ええる。

溢水発生個所においては、上述のとおり接続先のサンプ又はピットは大気解放されており、床ドレンラインに水頭圧が加わる前に下階へ伝播することから、配管に発生する内圧は大気圧程度であると想定される。そのため、クラス 3 管の強度評価方針を適用した場合においても、最小板厚は 0mm となることから強度評価は不要と考える。

なお、溢水影響評価において排水を期待する床ドレンラインは、全て鋼管で設計されており、容易に破損することはない。また、使用環境においても、設計基準事故時の最高使用温度である 66℃で建設時より変更はない。

## 9.13 循環水系隔離システムの内，復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響について

### 1. 概要

タービン建屋復水器エリアに配置する循環水系配管の地震起因の破損時には，海洋を溢水源とする溢水が発生する。この溢水量低減を目的として，当該エリアの漏えいを検知し，復水器水室出入口弁を自動閉止する循環水系隔離システムを設置している。当該弁は地震後に弁閉止機能を必要とすることから，地震時の復水器損傷による影響を受けないよう，評価を行う。

### 2. 復水器水室出入口弁への地震時復水器の影響モード

復水器水室出入口弁は復水器水室の真下に配置され，復水器水室が地震により損傷し落下する事象，復水器本体が地震により移動して当該弁へ接触する事象及び復水器の構造が崩壊する事象の影響がある。なお，当該弁への影響イメージを図 9.13-1～図 9.13-3 に示す。

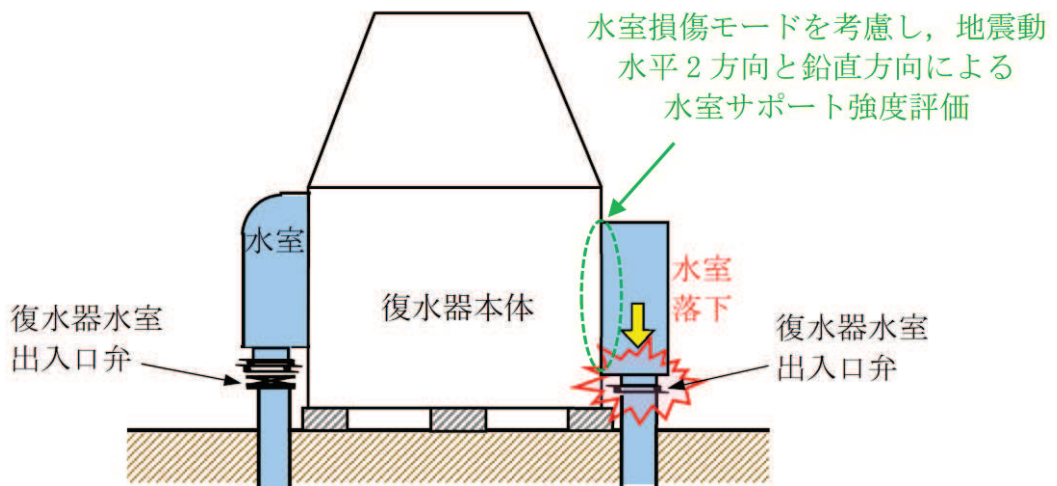


図 9.13-1 地震時の復水器水室出入口弁への影響イメージ  
(A. 復水器水室落下の影響)

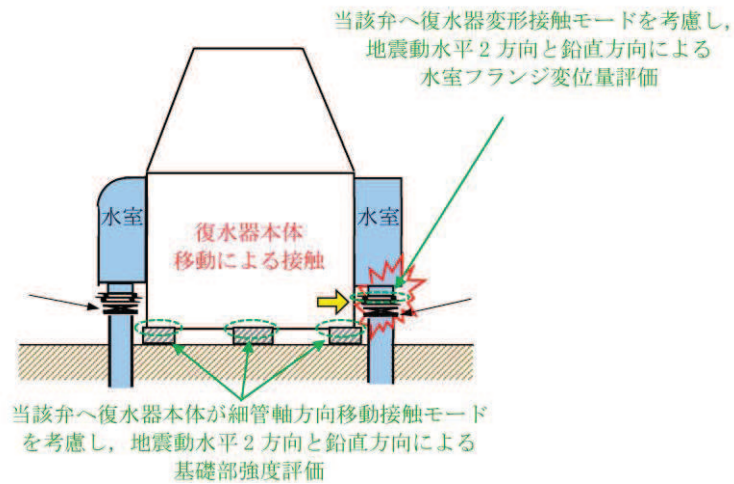


図 9.13-2 地震時の復水器水室出入口弁への影響イメージ  
(B. 復水器本体移動による接触影響)

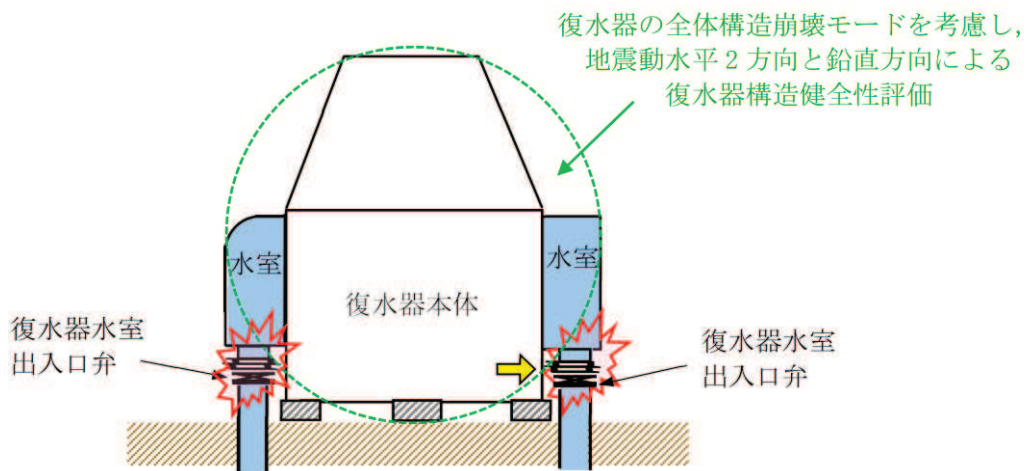


図 9.13-3 地震時の復水器水室出入口弁への影響イメージ  
(C. 復水器構造崩壊による影響)

## A. 復水器水室落下の影響評価

### 1. 復水器水室の評価部位・評価条件

#### (1) 評価部位

図 9.13-4 に示すとおり，復水器水室を支持する水平側水室サポート，下側水室サポートを評価部位とする。なお，各サポートは復水器本体と復水器水室に溶接で固定している。サポート形状と溶接固定面を図 9.13-5 及び図 9.13-6 に示す。

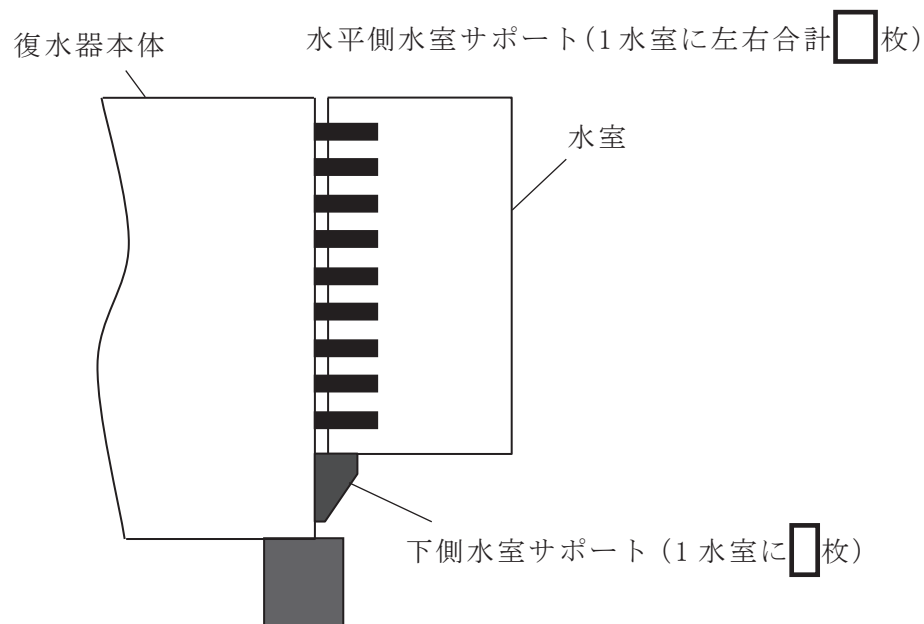
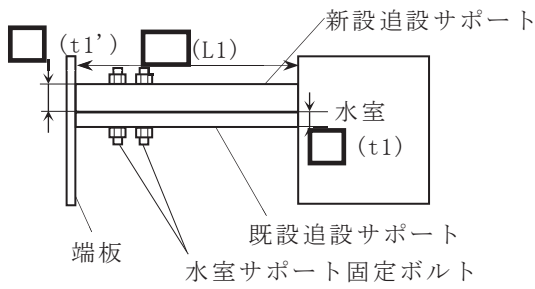
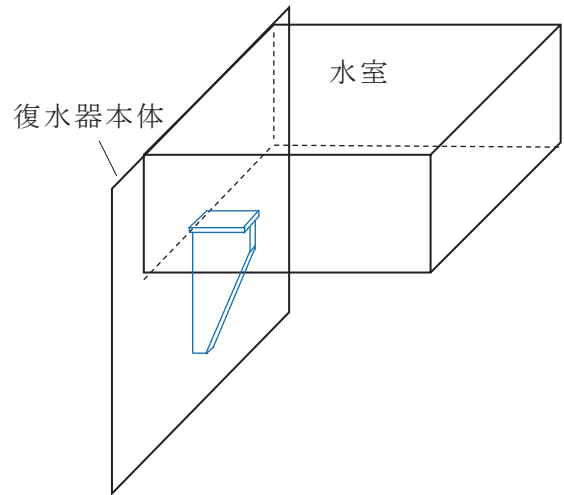
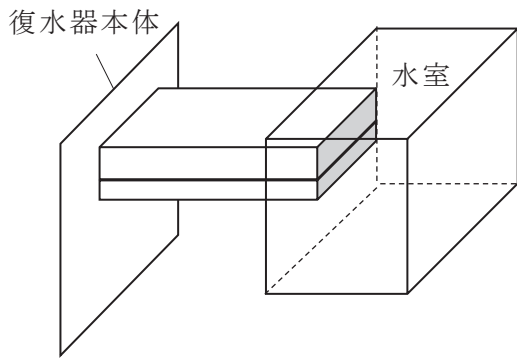
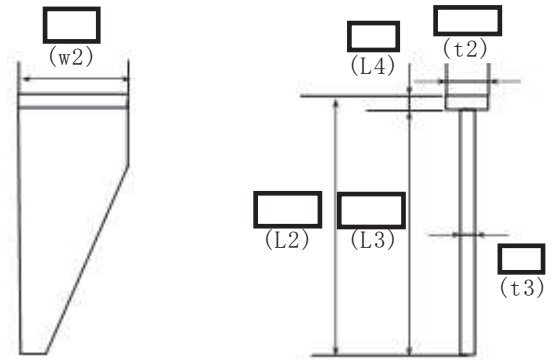


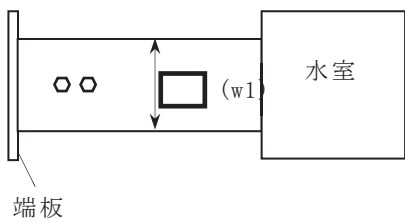
図 9.13-4 水室サポート取付状況



単位：mm



単位：mm



単位：mm

図 9.13-5 水平側水室サポートの形状

図 9.13-6 下側水室サポートの形状



(2)設計用地震力

復水器基礎台高さ（O.P. 2300mm）における基準地震動 S s の床応答スペクトル又は床応答最大加速度を表 9.13-1 に示す。なお、地震力については、水平 2 方向地震力と鉛直方向地震力を SRSS にて組み合わせる。

表 9.13-1 設計用震度

地震動	場所	床面高さ (復水器基礎台高さ) (mm)	地震による設計震度* 1	
			水平方向 C <sub>H</sub>	鉛直方向 C <sub>V</sub>
基準地震動 S s	タービン建屋	O.P. 800  (O.P. 2300)	水平方向 C <sub>H</sub>	6.43
			鉛直方向 C <sub>V</sub>	0.75

注記\*1：復水器本体の水平方向「固有周期」0.097s は、建設時工認耐震計算書（建設時工認図書番号：02 IV-3-15）に示す値であり柔構造である。添付資料「VI-2-1-7 設計用床応答曲線の作成方針」に基づき策定した床応答スペクトルを適用する。

また、鉛直方向「固有周期」は以下式により算出し、「固有周期」0.043s により剛構造のため最大床応答加速度の 1.2 倍を適用する。

鉛直方向「固有周期」の算出

$$T = 2\pi \cdot \sqrt{\frac{m}{1000 \cdot \left(\frac{E \cdot A}{L}\right)}} = 2\pi \times \boxed{\phantom{0.043}} = 0.043 \text{ (S)}$$

m：運転時質量	<input type="text"/>	E：縦弾性係数 191000 (MPa)
L：重心高さ	<input type="text"/>	A：復水器断面積 <input type="text"/>

復水器断面積 A の算出は、下図の建設時工認耐震計算書（建設時工認図書番号：02 IV-3-15）と同様に算出。

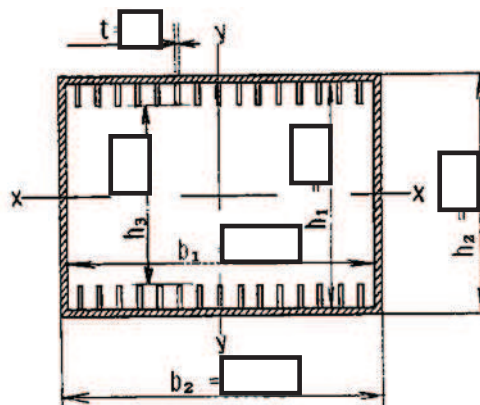


図 9.13-7 建設時工認耐震計算書抜粋図 復水器断面

(3)水室サポート部の許容応力

水平側水室サポート,下側水室サポートとそれぞれ溶接部の許容応力を表 9.13-2 に示す。

表 9.13-2 水室サポート 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (S <sub>s</sub> 評価) 許容応力状態IV <sub>A</sub> S	適用式
水平側水室 サポート応力	σA : 引張, 曲げ	クラス 2 支持構造物	$f_t = 1.5 \times \frac{F}{1.5}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
水平側水室 サポート固定ボルト応力	σB : せん断	クラス 2 支持構造物	$f_s = 1.5 \times \frac{F}{1.5}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
水平側水室 サポート溶接部応力	σC : せん断	クラス 2 支持構造物	$f_s = 1.5 \times \frac{F}{1.5}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
下側水室 サポート応力	σD : 曲げ	クラス 2 支持構造物	$f_t = 1.5 \times \frac{F}{1.5}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
下側水室 サポート溶接部応力	σE : せん断	クラス 2 支持構造物	$f_s = 1.5 \times \frac{F}{1.5}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$

2. 復水器水室サポート部の評価

水室に地震力及び自重が作用したときに水室が落下しないことを評価するため、水平側水室サポートと下側水室サポートの強度評価を行う。

(1)地震力が復水器細管軸方向に作用した場合

復水器本体内の細管（管束）運転時質量が水平地震動により水室へ与える水平力から、水平側水室サポートが受ける1枚あたりの引張応力と溶接部のせん断応力を算出。

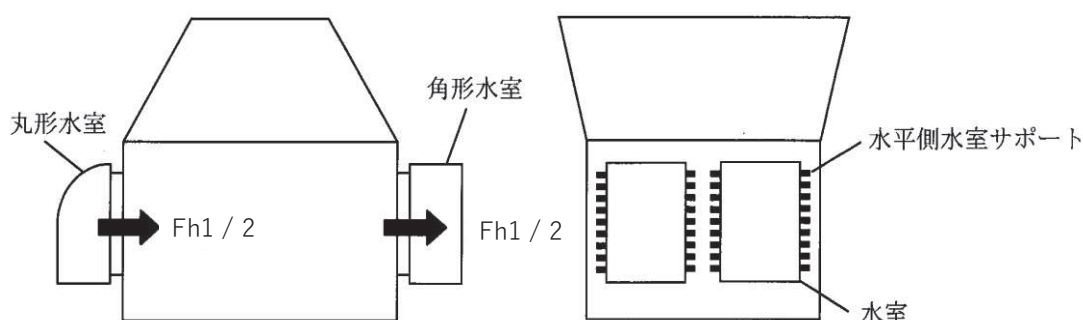


図 9.13-8 地震力が復水器細管軸方向に作用した場合

設計震度(水平方向)を CH, 復水器運転時管束質量を  $m_1$  とおくと, 復水器 1 基の管束水平力  $F_{h1}$  は,

$$F_{h1} = CH \cdot m_1 \cdot g$$

設計震度 (CH) = 6.43

復水器運転時管束質量 ( $m_1$ ) =  kg

重力加速度 ( $g$ ) = 9.80665 m/s<sup>2</sup>

地震による水平力 ( $F_{h1}$ ) =  kN

復水器 1 基に水室は 4 個あり, 1 水室あたり水平側水室サポートは  枚であるため, 水平側水室サポート 1 枚あたりの水平力  $F_1$  は,

$$F_1 = \frac{F_{h1}}{4 \times \text{枚数}}$$

=  =  kN

水平側水室サポートが水平力  $F_1$  を受ける断面積  $A_1$  は,

$$A_1 = (t_1 + t_1') \cdot w_1$$

=  =  mm<sup>2</sup>

よって、復水器細管軸方向地震力により水平側水室サポートにかかる引張応力  $\sigma 1$  は、

$$\sigma 1 = \frac{F1}{A1}$$

$$= \boxed{\phantom{0000}} = 56 \text{ MPa}$$

水室サポート 1 つあたりの固定ボルトは 2 本であるため、水室サポート固定ボルト 1 本にかかる水平力  $F2$  は、

$$F2 = \frac{F1}{2}$$

$$= \frac{\boxed{\phantom{0000}}}{2} = \boxed{\phantom{0000}} \text{ kN}$$

固定ボルトの細目谷径は 38.752mm であるため、固定ボルトの断面積  $A2$  は、

$$A2 = \frac{\pi}{4} \times \boxed{\phantom{0000}} = \boxed{\phantom{0000}} \text{ mm}^2$$

固定ボルトのせん断力  $\sigma 2$  は、

$$\sigma 2 = \frac{F2}{A2} = \boxed{\phantom{0000}} = 270 \text{ MPa}$$

水平側水室サポートの溶接線長さ  $L5 (=w1 \times 3)$ 、溶接脚長を  $X1$ 、水平側水室サポートのすみ肉溶接部の応力  $\sigma 3$  は、

$$\sigma 3 = \frac{F1}{L5 \cdot \frac{X1}{\sqrt{2}}}$$

$$= \boxed{\phantom{0000}} = 110 \text{ MPa}$$

水平側水室サポート 1 枚あたりの引張応力 $\sigma 1$	56 (MPa)
水平側水室サポート固定ボルトのせん断応力 $\sigma 2$	270 (MPa)
水平側水室サポート 1 枚溶接部のせん断応力 $\sigma 3$	110 (MPa)

(2)地震力が復水器細管軸直方向に作用した場合

水室に水平地震動が作用した際の水室サポートに生じるモーメントから、水平側水室サポートが受ける1枚あたりの引張応力と溶接部のせん断応力を算出。

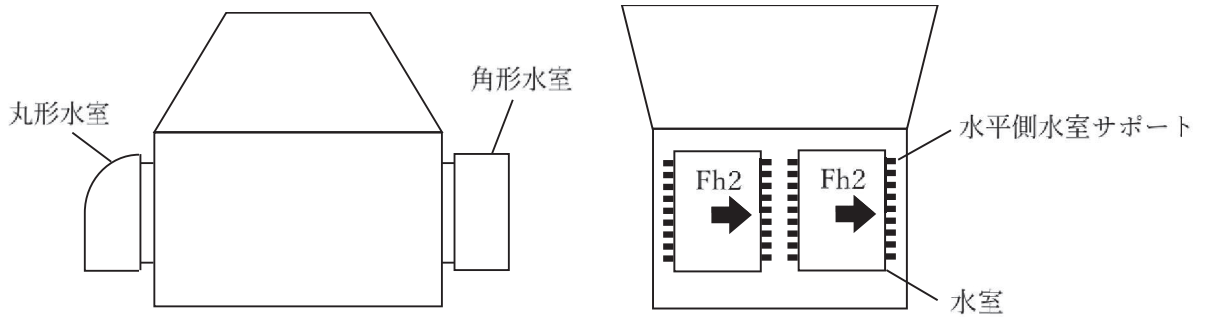


図 9.13-9 地震力が復水器細管軸直方向に作用した場合

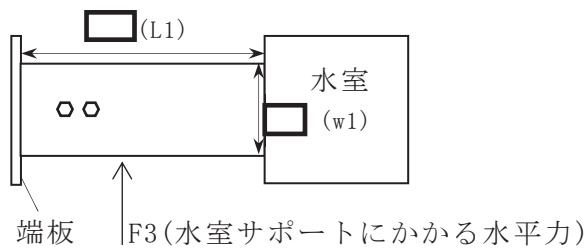


図 9.13-10 水室サポートを上から見た図

設計震度(水平方向)を  $CH$ 、1水室あたりの質量を  $m_2$  とおくと1水室あたりの水平力  $F_{h2}$  は、

$$F_{h2} = CH \cdot m_2 \cdot g$$

設計震度 (CH) = 6.43

1水室当たりの運転時質量 ( $m_2$ ) =  kg

重力加速度 ( $g$ ) = 9.80665 m/s<sup>2</sup>

地震による水平力 ( $F_{h2}$ ) =  kN

水室サポート1枚あたりの水平力  $F_3$  は、1水室に水室サポートが  枚あることから、

$$F_3 = \frac{F_{h2}}{\text{枚数}}$$

$$= \text{} = \text{} \text{ kN}$$

水室サポートに生じるモーメント M1 は,

$$M1 = \frac{F3 \times L1}{4} = \frac{\boxed{\phantom{000000}}}{4} = \boxed{\phantom{000000}} \text{ kN} \cdot \text{mm}$$

水室サポートの断面係数 Z1 は,

$$Z1 = \frac{t1 \times L1^2 + t1' \times L1^2}{6}$$

$$= \frac{\boxed{\phantom{000000}}}{6} = \boxed{\phantom{000000}} \text{ mm}^3$$

水室サポートの曲げ応力 σ 4 は,

$$\sigma 4 = \frac{M1}{Z1} = \boxed{\phantom{000000}} = 195 \text{ MPa}$$

水室サポート 1 つあたりの固定ボルトは 2 本であるため, 水室サポート固定ボルト 1 本にかかる水平力 F4 は,

$$F4 = \frac{F1}{2}$$

$$= \frac{\boxed{\phantom{000000}}}{2} = \boxed{\phantom{000000}} \text{ kN}$$

固定ボルトのせん断力 σ 5 は,

$$\sigma 5 = \frac{F4}{A2} = \boxed{\phantom{000000}} = 168 \text{ MPa}$$

水平側水室サポートのすみ肉溶接部の応力 σ 6 は,

$$\sigma 6 = \frac{F3}{L5 \cdot \frac{X1}{\sqrt{2}}}$$

$$= \boxed{\phantom{000000}} = 69 \text{ MPa}$$

水平側水室サポート 1 枚あたりの引張応力 σ 4	195 (MPa)
水平側水室サポート固定ボルトのせん断応力 σ 5	168 (MPa)
水平側水室サポート 1 枚溶接部のせん断応力 σ 6	69 (MPa)

(3)地震力が鉛直方向に作用した場合

水室に鉛直地震動が作用した際の鉛直曲げモーメントから、水平側水室サポートが受ける1枚あたりの引張応力と溶接部のせん断応力を算出。

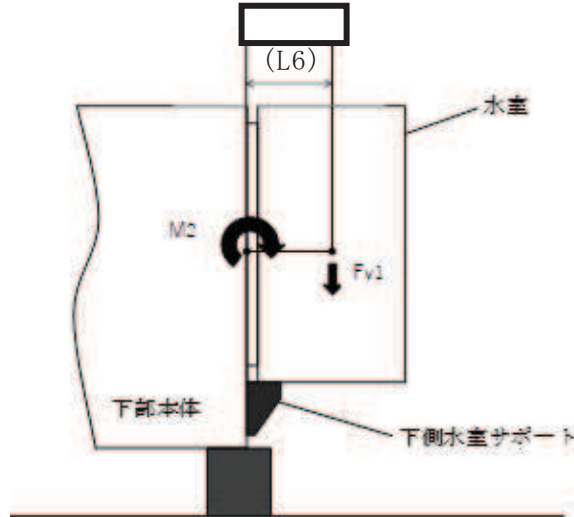


図 9.13-11 地震力が鉛直方向下向きに作用した場合

設計震度(鉛直方向) $C_v$ 、1水室あたりの質量  $m_2$ 、1水室あたりの鉛直力  $F_{v1}$  は、

$$F_{v1} = C_v \cdot m_2 \cdot g$$

設計震度 ( $C_v$ ) = 0.75

1水室あたりの運転時質量 ( $m_2$ ) =  kg

重力加速度 ( $g$ ) = 9.80665m/s<sup>2</sup>

地震による鉛直力 ( $F_{v1}$ ) =  kN

a) 鉛直方向地震力(下向き)が水平側水室サポートに作用した場合水室にかかる鉛直力による、端板と水室サポートの接続面まわりのモーメント  $M_2$  は、

$$M_2 = F_{v1} \cdot L_6$$

=  =  kN · m

ここで、モーメント M2 により、図 9.13-12 に示すように各水平側水室サポートに水平力がかかる。

よって、水平側水室サポートが受け持つ最大の水平荷重 F5 は、

$$M2 = \sum_{k=1}^{\square} l_k \times f_k \times 2$$

$$F5 = f9 = \square \text{ kN}$$

水平側水室サポートが鉛直方向地震力によりかかる引張応力  $\sigma 7$  は、

$$\sigma 7 = \frac{F5}{A1} = \square = 4 \text{ MPa}$$

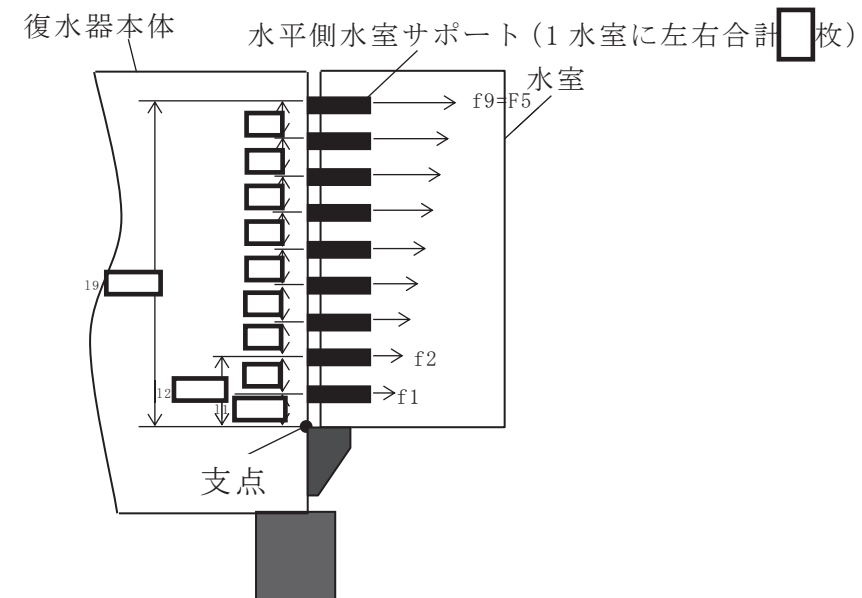


図 9.13-12 各水平側水室サポートにかかる水平力(鉛直モーメント)

水室サポート 1 つあたりの固定ボルトは 2 本であるため、水室サポート固定ボルト 1 本にかかる水平力 F6 は、

$$F6 = \frac{F5}{2}$$

$$\frac{\square}{2} = \square \text{ kN}$$

固定ボルトのせん断力  $\sigma 8$  は、

$$\sigma 8 = \frac{F6}{A2} = \square = 19 \text{ MPa}$$



水平側水室サポートのすみ肉溶接部の応力  $\sigma_9$  は、

$$\sigma_9 = \frac{F_5}{L_5 \cdot \frac{X_1}{\sqrt{2}}}$$

=  = 8 MPa

水平側水室サポート 1 枚あたりの引張応力 $\sigma_7$	4 (MPa)
水平側水室サポート固定ボルトのせん断応力 $\sigma_8$	19 (MPa)
水平側水室サポート 1 枚溶接部のせん断応力 $\sigma_9$	8 (MPa)

- b) 鉛直方向地震力（下向き）が下側水室サポートに作用した場合水室に鉛直地震動が作用した際の下側水室サポート付け根部まわりのモーメントから、下側水室サポートが受ける 1 枚あたりの曲げ応力と溶接部のせん断応力を算出。

1 水室あたり下側水室サポートが 箇所あるため、下側水室サポートにかかる鉛直力  $F_7$  は、

$$F_7 = \frac{F_{v1}}{\text{}}$$

=  =  kN

下側水室サポート付け根部にかかる曲げモーメント  $M_3$  は、

$$M_3 = F_7 \cdot w_2$$

=  =  kN·mm

断面係数  $Z_2$  は図 9.13-6 より、

$$Z_2 = \min \left\{ \frac{I}{e_1}, \frac{I}{e_2} \right\}$$

$$I = \frac{1}{3} \cdot \{ t_3 \cdot e_2^3 + t_2 \cdot e_1^3 - (t_2 - t_3) \cdot (e_1 - L_4)^3 \}$$

$$= \frac{1}{3} \cdot \text{} = \text{$$

$$e_1 = \frac{L2^2 \cdot t3 + L4^2 \cdot (t2 - t3)}{2 \cdot (t2 \cdot L4 + L3 \cdot t3)}$$

$$= \boxed{\phantom{\frac{L2^2 \cdot t3 + L4^2 \cdot (t2 - t3)}{2 \cdot (t2 \cdot L4 + L3 \cdot t3)}}} = \boxed{\phantom{\frac{L2^2 \cdot t3 + L4^2 \cdot (t2 - t3)}{2 \cdot (t2 \cdot L4 + L3 \cdot t3)}}}$$

$$e_2 = L2 - \frac{L2^2 \cdot t3 + L4^2 \cdot (t2 - t3)}{2 \cdot (t2 \cdot L4 + L3 \cdot t3)}$$

$$= \boxed{\phantom{L2 - \frac{L2^2 \cdot t3 + L4^2 \cdot (t2 - t3)}{2 \cdot (t2 \cdot L4 + L3 \cdot t3)}}} = \boxed{\phantom{L2 - \frac{L2^2 \cdot t3 + L4^2 \cdot (t2 - t3)}{2 \cdot (t2 \cdot L4 + L3 \cdot t3)}}}$$

$$Z2 = \min \left\{ \frac{I}{e_1}, \frac{I}{e_2} \right\}$$

$$= \boxed{\phantom{\min \left\{ \frac{I}{e_1}, \frac{I}{e_2} \right\}}}$$

$$= \boxed{\phantom{\min \left\{ \frac{I}{e_1}, \frac{I}{e_2} \right\}}} = \boxed{\phantom{\min \left\{ \frac{I}{e_1}, \frac{I}{e_2} \right\}}} \text{ mm}^3$$

下側水室サポートに鉛直地震力によりかかる曲げ応力  $\sigma_{10}$  は、

$$\sigma_{10} = \frac{M3}{Z2}$$

$$= \boxed{\phantom{00000}} = 34 \text{ MPa}$$

また、下側水室サポートの溶接線長さ  $L8 (=L2 \times 2 + t2 \times 2)$ 、溶接脚長を  $X2$ 、  
下側水室サポートのすみ肉溶接部の応力  $\sigma_{11}$  は、

$$\sigma_{11} = \frac{F7}{L8 \cdot \frac{X2}{\sqrt{2}}}$$

$$= \boxed{\phantom{00000}} = 30 \text{ MPa}$$

下側水室サポート 1 枚あたりの曲げ応力 $\sigma_{10}$	34 (MPa)
下側水室サポート 1 枚溶接部のせん断応力 $\sigma_{11}$	30 (MPa)

#### (4) 水室自重の作用

1 水室あたりの自重による鉛直力  $Fv2$  は、

1 水室あたりの運転時質量 (m2) =  $\boxed{\phantom{00000}}$  kg  
 重力加速度 (g) = 9.80665 m/s<sup>2</sup>  
 自重による鉛直力 ( $Fv2$ ) =  $\boxed{\phantom{00000}}$  kN

a) 自重が水平側水室サポートに作用した場合

水室の自重により水平側水室サポート付け根部に発生する曲げモーメント  $M4$  は、

$$M4 = Fv2 \cdot L6$$

$$= \boxed{\phantom{00000}} = \boxed{\phantom{00000}} \text{ kN} \cdot \text{mm}$$

ここで、(3) 項と同様に曲げモーメント  $M4$  により、図 9.13-12 に示すように各水平側水室サポートに水平力がかかる。

よって、水平側水室サポートが受けもつ最大の水平荷重  $F8$  は、

$$F8 = \frac{M4}{6 \times L7} = \frac{\boxed{\phantom{00000}}}{6 \times \boxed{\phantom{00000}}} = \boxed{\phantom{00000}} \text{ kN}$$

水平側水室サポートが自重によりかかる引張応力  $\sigma_{12}$  は、

$$\sigma_{12} = \frac{F_8}{A_1}$$

$$= \boxed{\phantom{000}} = 7 \text{ MPa}$$

水室サポート 1 つあたりの固定ボルトは 2 本であるため、水室サポート固定ボルト 1 本にかかる水平力  $F_9$  は、

$$F_9 = \frac{F_8}{2}$$

$$= \frac{\boxed{\phantom{000}}}{2} \text{ kN}$$

固定ボルトのせん断力  $\sigma_{13}$  は、

$$\sigma_{13} = \frac{F_9}{A_2} = \boxed{\phantom{000}} = 33 \text{ MPa}$$

水平側水室サポートのすみ肉溶接部の応力  $\sigma_{14}$  は、

$$\sigma_{14} = \frac{F_8}{L_5 \cdot \frac{X_1}{\sqrt{2}}}$$

$$= \boxed{\phantom{000}} = 14 \text{ MPa}$$

水平側水室サポート 1 枚あたりの引張応力 $\sigma_{12}$	7 (MPa)
水平側水室サポート固定ボルトのせん断応力 $\sigma_{13}$	33 (MPa)
水平側水室サポート 1 枚溶接部のせん断応力 $\sigma_{14}$	14 (MPa)

b) 自重が下側水室サポートに作用した場合

1 水室あたり下側水室サポートが  箇所あるため下側水室サポートにかかる鉛直力 F10 は、

$$F10 = \frac{Fv2}{2}$$

$$= \frac{\text{}}{2} = \text{} \text{ kN}$$

水室の自重により下側水室サポート付け根部に発生する曲げモーメント M5 は、

$$M5 = F10 \cdot w2$$

$$= \text{} = \text{} \text{ kN} \cdot \text{mm}$$

下側水室サポートが自重によりかかる曲げ応力  $\sigma 15$  は、

$$\sigma 15 = \frac{M5}{Z2}$$

$$= \text{} = 45 \text{ MPa}$$

下側水室サポートのすみ肉溶接部の応力  $\sigma 16$  は、

$$\sigma 16 = \frac{F10}{L8 \cdot \frac{\sqrt{2}}{\sqrt{2}}}$$

$$= \text{} = 40 \text{ MPa}$$

下側水室サポート 1 枚あたりに自重により作用する曲げ応力 $\sigma 15$	45 (MPa)
下側水室サポート 1 枚溶接部に自重により作用するせん断応力 $\sigma 16$	40 (MPa)

(5) 水平 2 方向地震力と鉛直方向地震力を考慮した応力

(1)～(4)より，水平 2 方向地震力と鉛直方向地震力を考慮した各応力は以下に示す通り。

< 水平側水室サポートにかかる応力  $\sigma A$  >

$$\begin{aligned}\sigma A &= \sqrt{\sigma_1^2 + \sigma_4^2 + \sigma_7^2 + \sigma_{12}} \\ &= 210 \text{ MPa}\end{aligned}$$

< 水平側水室サポート固定ボルトにかかる応力  $\sigma B$  >

$$\begin{aligned}\sigma B &= \sqrt{\sigma_2^2 + \sigma_5^2 + \sigma_8^2 + \sigma_{13}} \\ &= 350 \text{ MPa}\end{aligned}$$

< 水平側水室サポートすみ肉溶接部にかかる応力  $\sigma C$  >

$$\begin{aligned}\sigma C &= \sqrt{\sigma_3^2 + \sigma_6^2 + \sigma_9^2 + \sigma_{14}} \\ &= 143 \text{ MPa}\end{aligned}$$

< 下側水室サポートにかかる応力  $\sigma D$  >

$$\begin{aligned}\sigma D &= \sigma_{10} + \sigma_{15} \\ &= 78 \text{ MPa}\end{aligned}$$

< 下側水室サポートすみ肉溶接部にかかる応力  $\sigma E$  >

$$\begin{aligned}\sigma E &= \sigma_{11} + \sigma_{16} \\ &= 70 \text{ MPa}\end{aligned}$$

### 3. 評価結果

水室サポート及び溶接部の強度評価を実施し発生応力が許容応力以下であることから、復水器水室出入口弁への地震時の水室落下により影響を及ぼさないことを確認した。

表 9.13-3 水室サポートにかかる応力

評価部位	算出応力	発生応力 (MPa)	許容応力 (MPa)	材質	最高使用 温度(°C)
水平側水室 サポート応力	$\sigma A$ : 引張, 曲 げ	210	270	SS400	66
水平側水室サポー ト固定ボルト応力	$\sigma B$ : せん断	350	369	SCM440	66
水平側水室 サポート溶接部応力	$\sigma C$ : せん断	143	155	SS400 相当	66
下側水室 サポート応力	$\sigma D$ : 曲げ	78	270	SS400	66
下側水室 サポート溶接部応力	$\sigma E$ : せん断	70	155	SS400 相当	66

B. 復水器本体移動による接触影響評価

1. 復水器基礎部と水室フランジの評価部位・評価条件

(1) 評価部位

復水器基礎部と水室フランジの各評価部位は図 9.13-13～図 9.13-17 に示す。

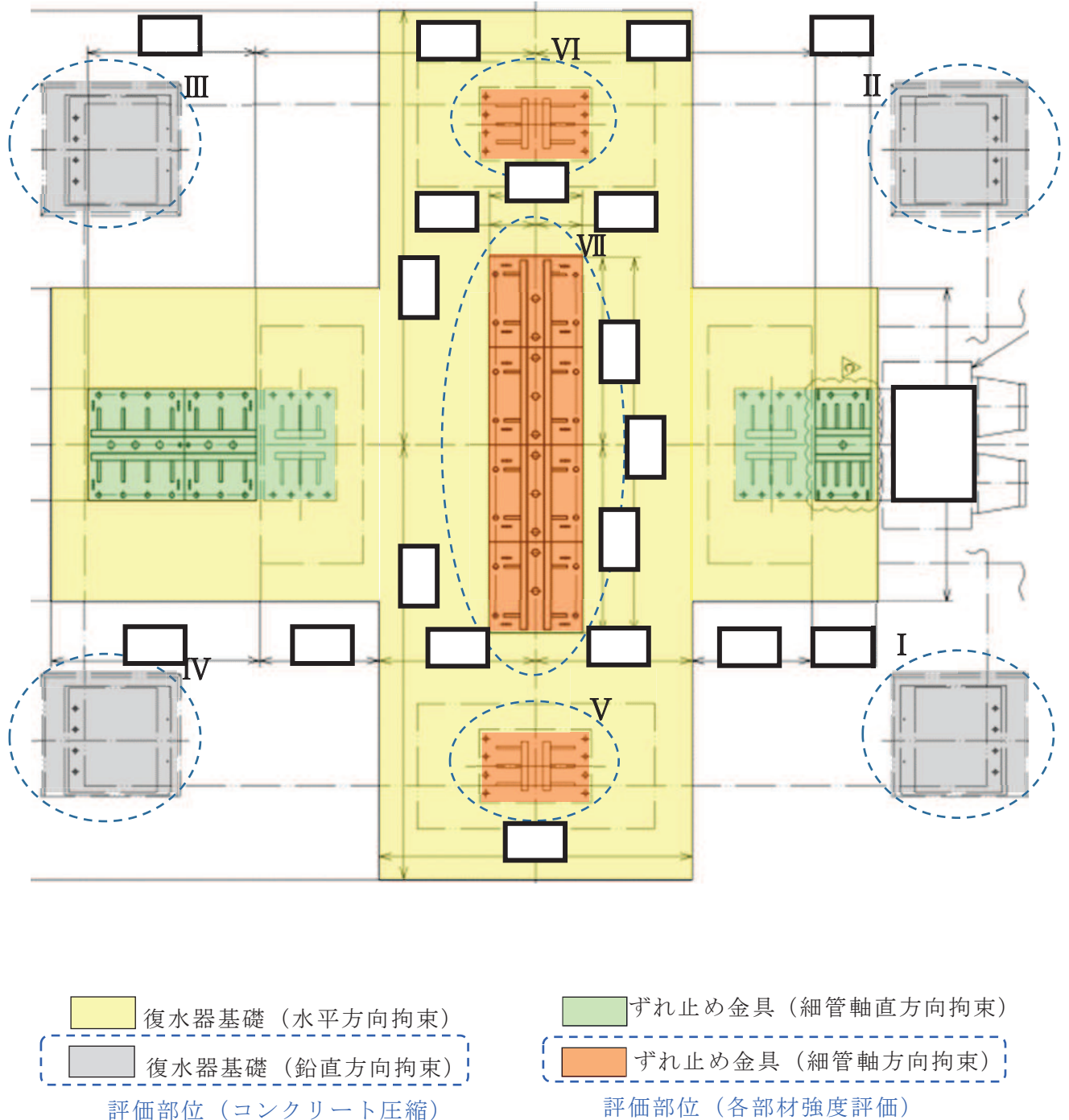


図 9.13-13 復水器基礎平面図



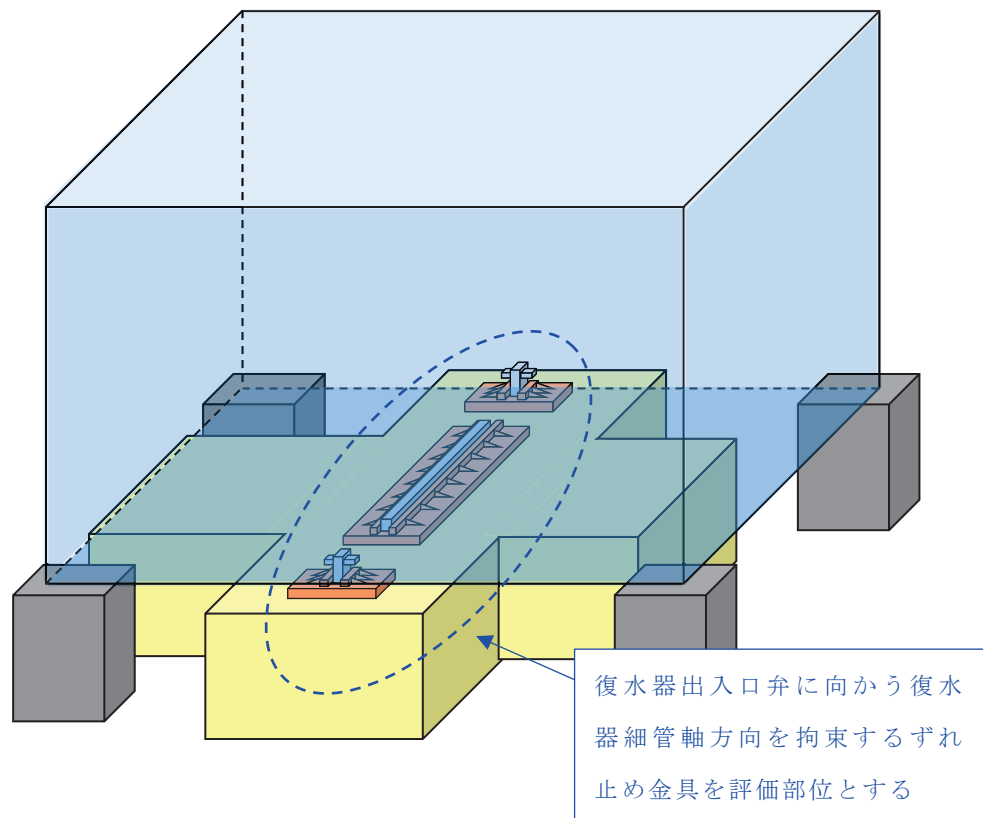


図 9.13-14 復水器ずれ止め金具配置図

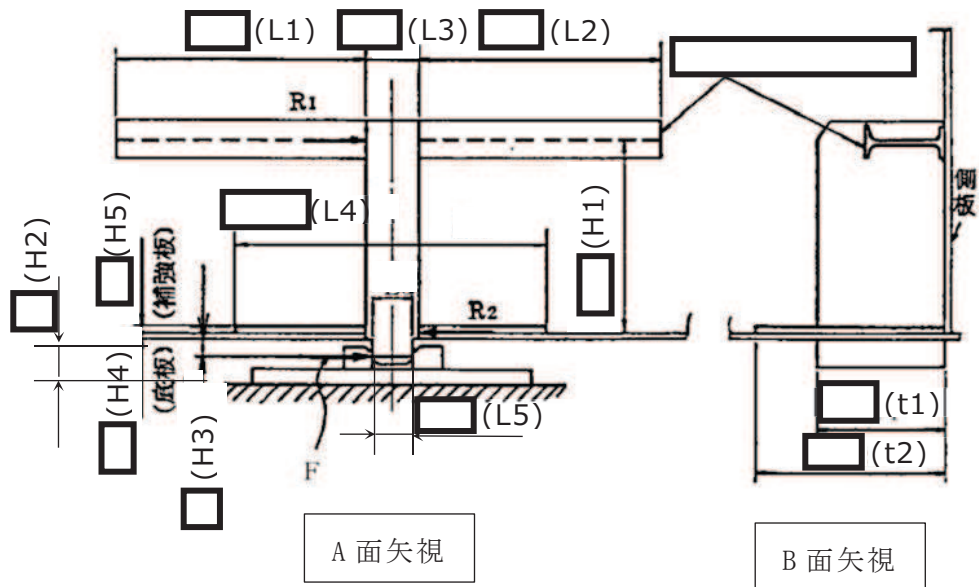
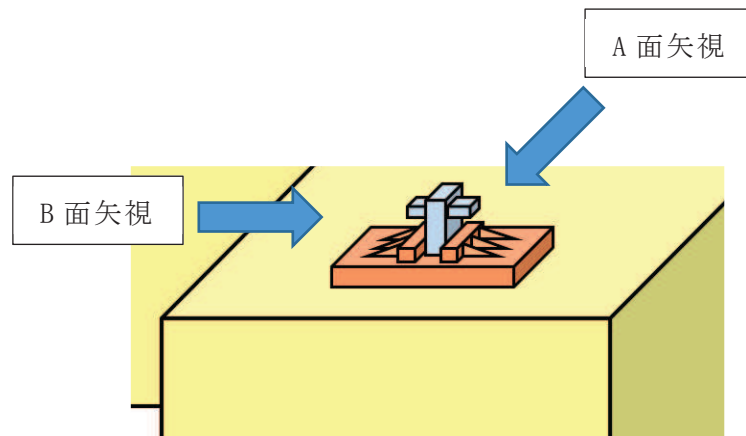


図 9.13-15 既設ずれ止め金具断面図

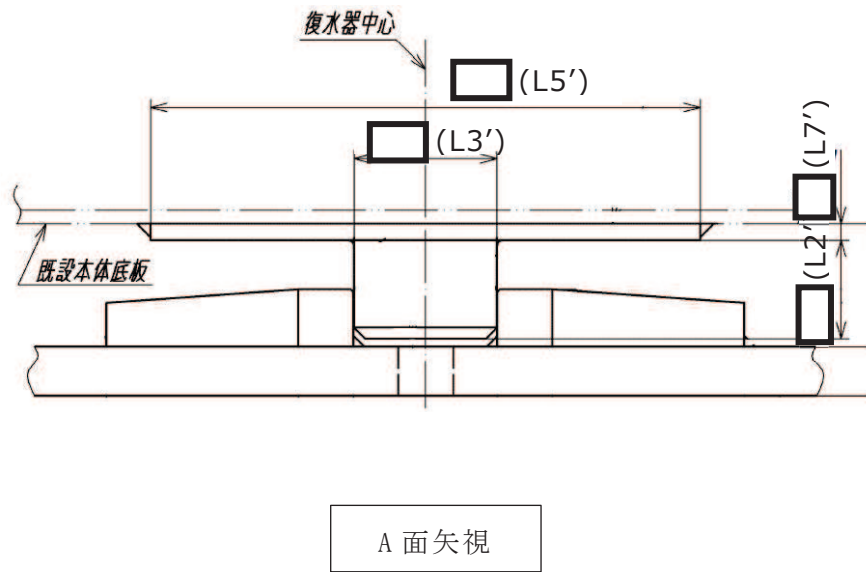
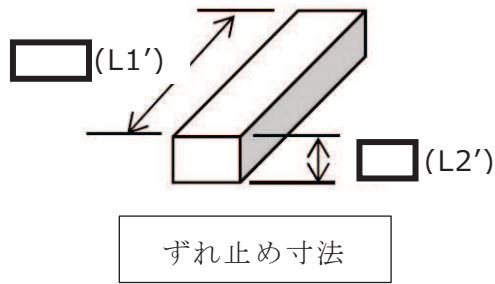
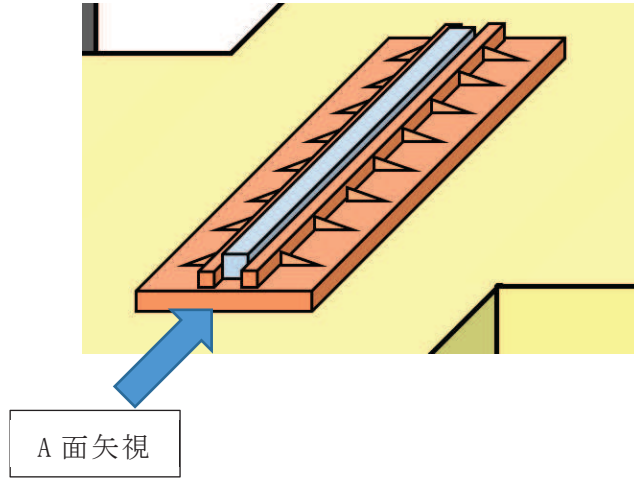
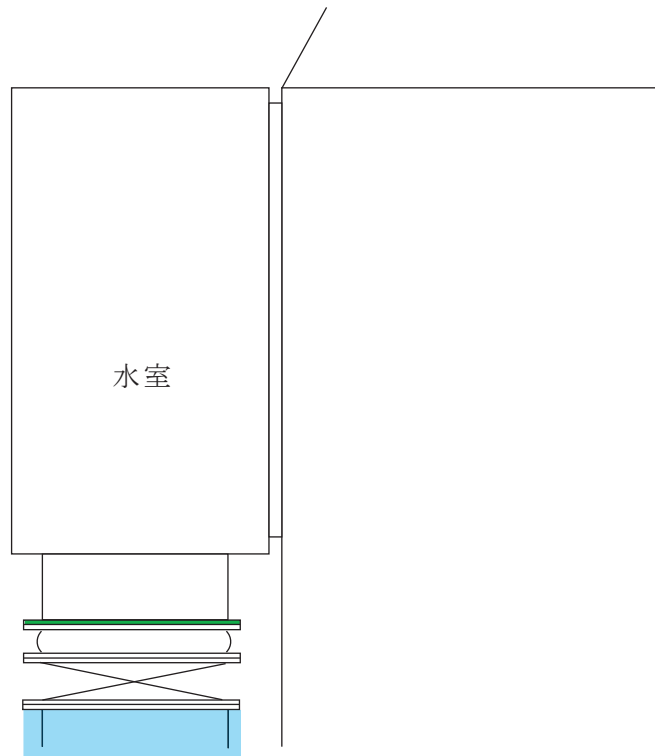


図 9.13-16 ずれ止め金具断面図



復水器水室出入口弁

水室フランジ

評価部位（変位量評価）

図 9.13-17 復水器水室出入口弁，水室フランジ

## (2) 設計用地震力

復水器本体移動による接触影響の評価においては、実態に近い耐震評価を実施することを目的として、3次元 FEM 解析により発生荷重及び復水器水室フランジ部の変位を求める。設計用地震力としては復水器基礎台高さ (O.P. 800) における基準地震動  $S_s$  の床応答スペクトルを適用する。なお、地震力については、水平 2 方向地震力と鉛直方向地震力を S R S S にて組み合わせる。解析の詳細は「C.3 次元 FEM 解析」に示す。

## (3) 評価条件及び許容応力

ずれ止め金具の評価部位と評価条件は図 9.13-18 に、許容応力については表 9.13-4～表 9.13-9 に示す。

- ・ JEAG4601-補 1984 許容応力編 に従う。
- ・ 耐震ずれ止め、基礎ボルトは、クラス 2 支持構造物の許容応力状態  $IV_A S$  とする。
- ・ コンクリートの圧縮の許容応力状態  $IV_A S$  とする。

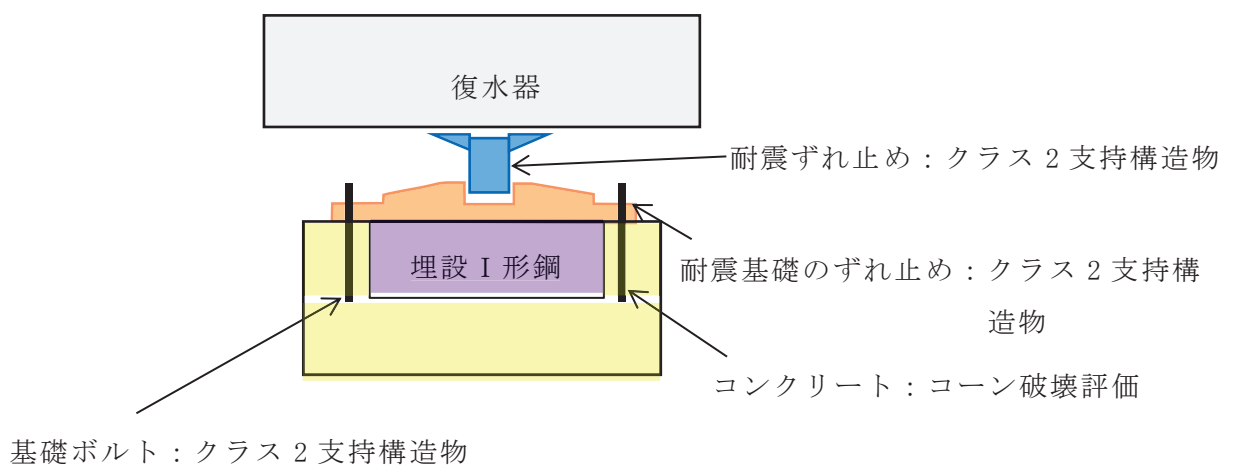


図 9.13-18 ずれ止め金具の評価部位と評価条件

表 9.13-4 許容応力算出式（一般）

JEAG4601 補 1984 (旧告示)	クラス 2 支持構造物 (旧規格：第 3 種支持構造物相当)
	許容応力状態 IV <sub>A</sub> S 引張，曲げ
	$f_t = 1.5 \times \frac{F}{1.5} \text{ (引張)}$ $f_b = 1.5 \times \frac{F}{1.3} \text{ (曲げ (面外))}$ $F = \text{MIN}(1.2S_y, 0.7S_u)$

表 9.13-5 復水器 (No. V, VI耐震ずれ止め側) 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (S <sub>s</sub> 地震力評価) 許容応力状態 IV <sub>A</sub> S	適用式
底板と補強板 (圧縮)	$\sigma_{21}$	クラス 2 支持構造物 引張	$f_t = 1.5 \times \frac{F}{1.5}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
耐震ずれ止め (曲げ)	$\sigma_{22}$	クラス 2 支持構造物 曲げ (面外)	$f_b = 1.5 \times \frac{F}{1.3}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
I 形補強 (圧縮)	$\sigma_{23}$	クラス 2 支持構造物 引張	$f_t = 1.5 \times \frac{F}{1.5}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$

表 9.13-6 復水器 (No. VII 耐震ずれ止め側) 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (S <sub>s</sub> 地震力評価) 許容応力状態 IV <sub>A</sub> S	適用式
耐震ずれ止め (曲げ)	$\sigma_{22}'$	クラス 2 支持構造物 曲げ (面外)	$f_b = 1.5 \times \frac{F}{1.3}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
平板溶接部 (圧縮)	$\sigma_{24}$	クラス 2 支持構造物 せん断	$f_s = 1.5 \times \frac{F}{1.5\sqrt{3}}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$

表 9.13-7 復水器基礎 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側) 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (S s 地震力評価) 許容応力状態IV <sub>A</sub> S	適用式
耐震基礎のずれ止め (圧縮)	$\sigma_{31}$	クラス 2 支持構造物 引張	$f_t = 1.5 \times \frac{F}{1.5}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
基礎ボルト (引張)	$\sigma_{32}$	クラス 2 支持構造物 引張	$f_t = 1.5 \times \frac{F}{2}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
埋設 I 形鋼 (曲げ)	$\sigma_{33}$	クラス 2 支持構造物 曲げ (面外)	$f_b = 1.5 \times \frac{F}{1.3}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
埋設 I 形鋼 フランジ部 (曲げ)	$\sigma_{34}$	クラス 2 支持構造物 曲げ (面外)	$f_b = 1.5 \times \frac{F}{1.3}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$
板 (曲げ)	$\sigma_{35}$	クラス 2 支持構造物 曲げ (面外)	$f_b = 1.5 \times \frac{F}{1.3}$ $F = \min(1.2S_y, 0.7S_u)$

表 9.13-8 復水器基礎コンクリート (No. I ~ IV) 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (S s 評価) 許容応力状態IV <sub>A</sub> S	適用式
基礎コンクリート (圧縮)	$\sigma_{41}$	埋設金物コンクリート部の 許容応力度 圧縮	$0.75F_c$

表 9.13-9 復水器耐震基礎 (No. V, VI, VII) コンクリートのコーン破壊 許容応力

評価部位	算出応力	応力 (S s 評価) 許容応力状態IV <sub>A</sub> S	適用式
基礎コンクリート 基礎ボルト部の コーン破壊	—	基礎ボルトが引張荷重を受け る場合のコンクリートの評価	$P \leq P_a = \min(P_{a1}, P_{a2})$ $P_{a1} = K_1 \times A_{c1} \times \sqrt{F_c}$ $P_{a2} = K_2 \times \alpha \times A_0 \times F_c$

2. 復水器基礎（No. V, VI, VII 耐震ずれ止め側）の評価

(1)耐震ずれ止めに作用する荷重

復水器の強度部材を考慮した 3 次元モデルを作成し、3 次元 FEM 解析により各ずれ止めに作用する荷重を算出する。水平 2 方向それぞれに対し応答スペクトル解析により荷重を求め、各方向による荷重を SRSS にて組み合わせる。各耐震ずれ止めに作用する荷重を表 9.13-10 に示す。既設耐震ずれ止め（No. V, VI）は同構造であることから、発生荷重の大きい No. VI の値により評価する。解析の詳細は「C.3 次元 FEM 解析」に示す。

表 9.13-10 各耐震ずれ止めに作用する荷重

評価部位	算出荷重	発生荷重 (kN)
No. V	F1	
No. VI		
No. VII	F2	

(2)既設の耐震ずれ止めに作用する荷重

図 9.13-15 より、耐震ずれ止めのモーメントつり合いから、既設耐震ずれ止めにかかる反力 R1, R2 は、

$$R1 = F1 \cdot \frac{H2}{H1}$$

$$= \boxed{\phantom{000}} = \boxed{\phantom{000}} \text{ kN}$$

$$R2 = F1 + R1$$

$$= \boxed{\phantom{000000}} = \boxed{\phantom{000000}} \text{ kN}$$

(3)既設の底板と補強板の圧縮（引張）応力

図 9.13-15 より、底板の厚さ H4, 既設補強板の厚さ H5, 既設補強板の有効長さ t1 とすると、底板と既設補強板の圧縮（引張）応力  $\sigma_{21}$  は、

$$\sigma_{21} = \frac{R2}{(H4+H5) \times t1 \times 2}$$

$$= \boxed{\phantom{000}} = 152 \text{ MPa}$$

既設 補強板の圧縮（引張）応力 $\sigma_{21}$	152 (MPa)
-------------------------------	-----------



(4) 既設のずれ止め金具の曲げ応力

図 9.13-15 より，既設のずれ止め金具の曲げモーメント M1 は，

$$M1 = F1 \times (H3 + H4)$$
$$= \boxed{\phantom{00000}} = \boxed{\phantom{00000}} \text{ kN} \cdot \text{mm}$$

既設ずれ止め金具厚さ L5 は  $\boxed{\phantom{0000}}$  であり，断面係数 Z1 は，

$$Z1 = \frac{t1 \cdot L5^2}{6}$$
$$\frac{\boxed{\phantom{0000}}}{6} = \boxed{\phantom{00000}} \text{ mm}^3$$

以上より，既設のずれ止め金具の曲げ応力  $\sigma 22$  は，

$$\sigma 22 = \frac{M1}{Z1}$$
$$= \boxed{\phantom{00000}} = 166 \text{ MPa}$$

既設 ずれ止め金具の曲げ応力 $\sigma 22$	166 (MPa)
----------------------------	-----------

(5) 既設の I 形補強の圧縮（引張）応力

既設の I 形補強の断面積を A1 とすると，既設の I 形補強の圧縮（引張）応力  $\sigma 23$  は，

$$\sigma 23 = \frac{R1}{A1 \cdot 2}$$
$$= \boxed{\phantom{00000}} = 79 \text{ MPa}$$

既設 I 形補強の圧縮（引張）応力 $\sigma 23$	79 (MPa)
-------------------------------	----------

(6) 追設の耐震ずれ止めの曲げ応力

図 9.13-16 より，追設の耐震ずれ止めの曲げモーメント  $M1'$  は，

$$M1' = F2 \times L2'$$
$$= \boxed{\phantom{00000}} = \boxed{\phantom{00000}} \text{ kN} \cdot \text{mm}$$

追設耐震ずれ止め厚さ  $L3'$  は  $\boxed{\phantom{0000}}$  であり，断面係数  $Z1'$  は，

$$Z1' = \frac{L1' \cdot L3'^2}{6}$$
$$= \frac{\boxed{\phantom{00000}}}{6} = \boxed{\phantom{00000}} \text{ mm}^3$$

以上より，追設の耐震キーの曲げ応力  $\sigma 22'$  は，

$$\sigma 22' = \frac{M1'}{Z1'}$$
$$= \boxed{\phantom{00000}} = 86 \text{ MPa}$$

追設 ずれ止め金具の曲げ応力 $\sigma 22'$	86 (MPa)
-----------------------------	----------

(7) 追設の平板溶接部の応力

追設ずれ止め金具平板部と底板とのすみ肉溶接長さ  $L6'$ ，すみ肉溶接脚長  $X1'$  とすると，追設ずれ止め金具平板部から底板への力の伝達によるすみ肉溶接の応力  $\sigma 25$  は，

$$\sigma 25 = \frac{F2}{\frac{L6' \cdot X1'}{\sqrt{2}}}$$
$$= \boxed{\phantom{00000}} = 99 \text{ MPa}$$

追設 ずれ止め金具平板のすみ肉溶接の応力 $\sigma 25$	99 (MPa)
----------------------------------	----------

3. 復水器基礎（No. V，VI，VII 耐震基礎のずれ止め側）の評価

地震力が復水器細管軸方向に働く場合の復水器基礎（ずれ止め）の強度評価を実施する。

ずれ止めに働く地震力 F1，F2 は表 9.13-10 に示す値を適用する。

(1) 耐震基礎のずれ止めの圧縮応力

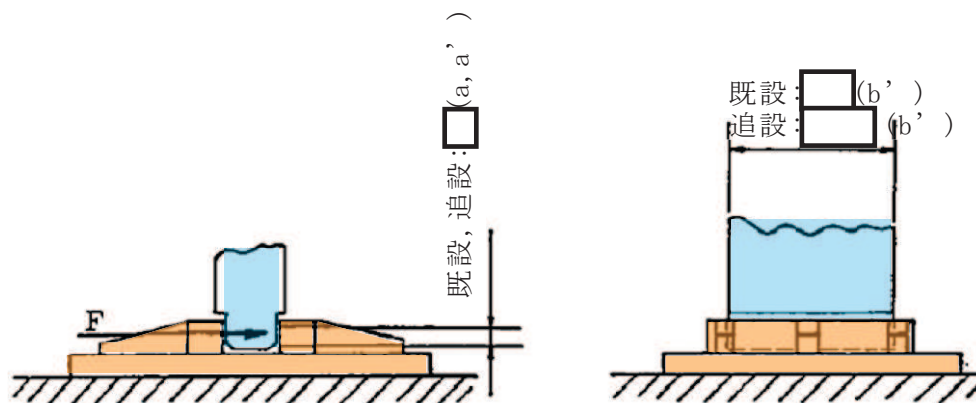


図 9.13-19 耐震基礎のずれ止め寸法（側面図）

図 9.13-19 より，

既設と追設のずれ止めそれぞれに働く地震力の圧縮応力  $\sigma_{31}$ ， $\sigma_{31}'$  は，

$$\sigma_{31} = \frac{F1}{a \cdot b}$$

$$= \boxed{\phantom{000}} = 218 \text{ MPa}$$

$$\sigma_{31}' = \frac{F2}{a' \cdot b'}$$

$$= \boxed{\phantom{000}} = 59 \text{ MPa}$$

既設 ずれ止めに働く地震力による圧縮応力 $\sigma_{31}$	218 (MPa)
追設 ずれ止めに働く地震力による圧縮応力 $\sigma_{31}'$	59 (MPa)

(2) 基礎ボルトの引張応力

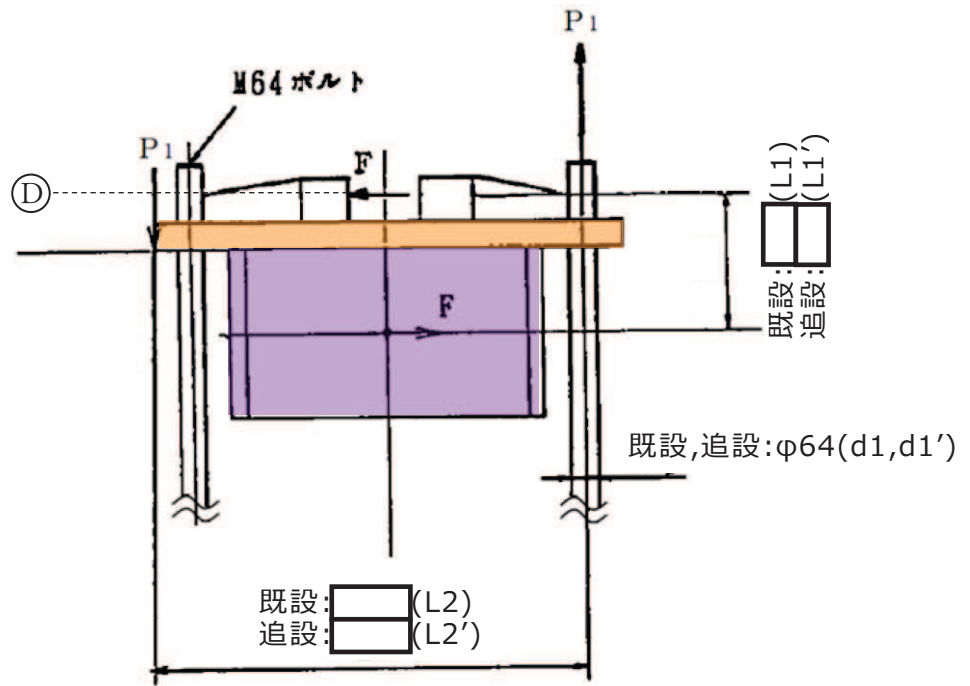


図 9.13-20 基礎ボルト埋込断面図

図 9.13-20 より，既設ⓐ点と埋設 I 型鋼中央間の距離  $H_1$ ，基礎ボルト間の距離  $L_1$ ，呼び径  $d_1$ ，数量  $n_1$  とし，追設ⓐ点と埋設 I 型鋼中央間の距離  $H_1'$ ，基礎ボルト間の距離  $L_1'$ ，呼び径  $d_1'$ ，数量  $n_1'$  とする。

既設と追設の基礎ボルトそれぞれに働く力  $P_1$ ， $P_1'$  は，

$$P_1 = \frac{F_1 \times L_1}{L_2}$$

$$= \boxed{\phantom{000000}} = \boxed{\phantom{000000}} \text{ kN}$$

$$P_1' = \frac{F_2 \times L_1'}{L_2'}$$

$$= \boxed{\phantom{000000}} = \boxed{\phantom{000000}} \text{ kN}$$

以上より、既設と追設の基礎ボルトそれぞれに働く引張応力  $\sigma_{32}$ 、 $\sigma_{32}'$  は、

$$\sigma_{32} = \frac{P1}{\frac{\pi}{4} \cdot d1^2 \cdot n1} = 158 \text{ MPa}$$

$$\sigma_{32}' = \frac{P1'}{\frac{\pi}{4} \cdot d1'^2 \cdot n1'} = 218 \text{ MPa}$$

既設 基礎ボルトに働く引張応力 $\sigma_{32}$	158 (MPa)
追設 基礎ボルトに働く引張応力 $\sigma_{32}'$	218 (MPa)

### (3) 基礎ボルトとコンクリートの付着力

後段で示す、6. 項復水器耐震基礎 (No. V, VI, VII) 評価 (コーン破壊評価) にて行う。

(4) 埋設 I 型鋼の曲げ応力

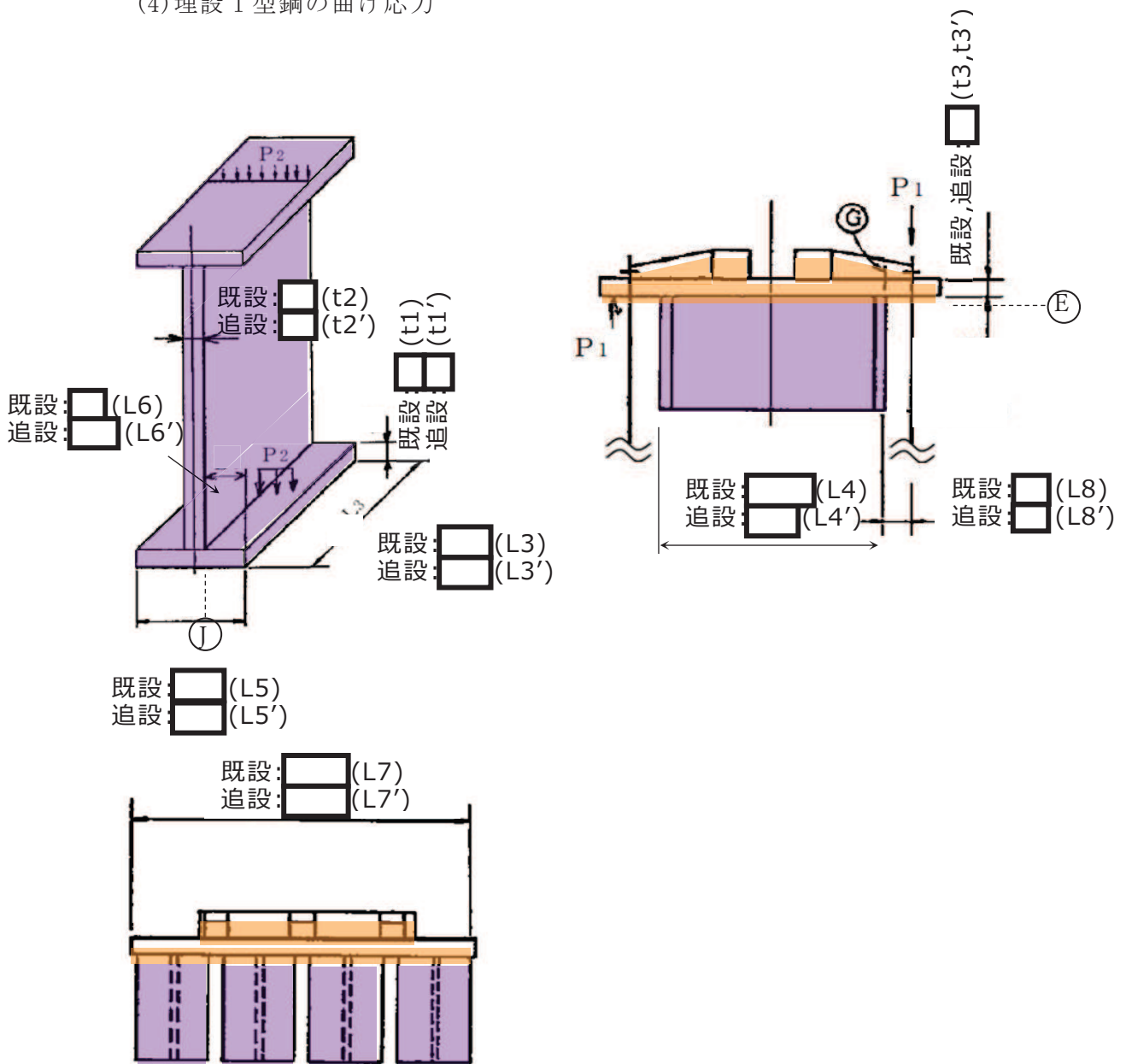


図 9.13-21 ずれ止め埋設金物寸法

図 9.13-21 より，既設埋設 I 形鋼の数量  $n_2$ ，高さ  $L_3$  とし，追設埋設 I 形鋼の数量  $n_2'$ ，高さ  $L_3'$  とする。既設埋設 I 形鋼，追設埋設 I 形鋼それぞれの等分布荷重  $w_1, w_1'$  は，

$$w_1 = \frac{F_1}{n_2 \cdot L_3}$$

$$= \text{[Diagram of I-beam cross-section]} \text{ N/mm}$$

$$w1' = \frac{F2}{n2' \cdot L3'}$$

$$= \boxed{\phantom{0000}} = \boxed{\phantom{0000}} \text{ N/mm}$$

既設埋設 I 形鋼， 追設埋設 I 形鋼それぞれのつけ根部Ⓔにおけるモーメント M1， M1' は，

$$M1 = w1 \cdot \frac{L3^2}{2}$$

$$= \boxed{\phantom{00000000}} = \boxed{\phantom{00000000}} \text{ N}\cdot\text{mm}$$

$$M1' = w1' \cdot \frac{L3'^2}{2}$$

$$= \boxed{\phantom{00000000}} = \boxed{\phantom{00000000}} \text{ N}\cdot\text{mm}$$

既設と追設の埋設 I 形鋼の断面係数をそれぞれ Z1， Z1' とすると， 既設と追設の埋設 I 形鋼それぞれの曲げ応力  $\sigma_{33}$ ，  $\sigma_{33}'$  は，

$$\sigma_{33} = \frac{M1}{Z1}$$

$$= \boxed{\phantom{00000000}} = 18 \text{ MPa}$$

$$\sigma_{33}' = \frac{M1'}{Z1'}$$

$$= \boxed{\phantom{00000000}} = 29 \text{ MPa}$$

既設 埋設 I 形鋼の曲げ応力 $\sigma_{33}$	18 (MPa)
追設 埋設 I 形鋼の曲げ応力 $\sigma_{33}'$	29 (MPa)

(5)埋設 I 形鋼フランジ部の曲げ応力

既設と追設の埋設 I 形鋼の等分布荷重  $w_1$ ,  $w_1'$  は(4)項にて算出する。

図 9.13-21 より,既設と追設の埋設 I 形鋼のフランジ部のつばの長さをそれぞれ  $L_6$ ,  $L_6'$  とすると, 既設と追設それぞれの単位面積に働く荷重  $P_2$ ,  $P_2'$  は,

$$P_2 = \frac{w_1}{L_5 + L_6 \times 2}$$
$$= \boxed{\phantom{000}} = \boxed{\phantom{000}} \text{ MPa}$$

$$P_2' = \frac{w_1'}{L_5' + L_6' \times 2}$$
$$= \boxed{\phantom{000}} = \boxed{\phantom{000}} \text{ MPa}$$

既設と追設のフランジ<sup>①</sup>付け根部①におけるそれぞれの曲げモーメント  $M_3$ ,  $M_3'$  は,

$$M_3 = \frac{P_2}{2} \cdot L_6^2$$
$$= \boxed{\phantom{000}} = \boxed{\phantom{000}} \text{ N} \cdot \text{mm/mm}$$

$$M_3' = \frac{P_2'}{2} \cdot L_6'^2$$
$$= \boxed{\phantom{000}} = \boxed{\phantom{000}} \text{ N} \cdot \text{mm/mm}$$

既設と追設のフランジ断面係数をそれぞれ  $Z_2$ ,  $Z_2'$  とすると, 既設と追設それぞれのフランジ曲げ応力  $\sigma_{34}$ ,  $\sigma_{34}'$  は,

$$\sigma_{34} = \frac{M_3'}{Z_2'}$$
$$= \boxed{\phantom{000}} = 62 \text{ MPa}$$



$$\sigma_{34'} = \frac{M_{3'}}{Z_{2'}} = \boxed{\phantom{000}} = 98 \text{ MPa}$$

既設 埋設 I 形鋼フランジの曲げ応力 $\sigma_{34}$	62 (MPa)
追設 埋設 I 形鋼フランジの曲げ応力 $\sigma_{34'}$	98 (MPa)

(6) 板の曲げ応力

基礎ボルトに働く力  $P_1, P_1'$  は(2)項にて算出した値である。

図 9.13-21 より、既設と追設のフランジから基礎ボルトまでの長さをそれぞれ  $L_8, L_8'$  とすると、既設と追設の板③におけるそれぞれの曲げモーメントは、

$$M_4 = P_1 \cdot L_8 = \boxed{\phantom{000}} \cdot \boxed{\phantom{000}} \text{ kN} \cdot \text{mm}$$

$$M_4' = P_1' \cdot L_8 = \boxed{\phantom{000}} \cdot \boxed{\phantom{000}} \text{ kN} \cdot \text{mm}$$

既設と追設の板の厚さをそれぞれ  $t_3, t_3'$  , 既設と追設の板長さをそれぞれ  $L_7, L_7'$  , 既設と追設の③における断面係数をそれぞれ  $Z_3, Z_3'$  とすると、

$$Z_3 = \frac{1}{6} \cdot L_7 \cdot t_3^2 = \boxed{\phantom{000}} \cdot \boxed{\phantom{000}} \text{ mm}^3$$

$$Z_3' = \frac{1}{6} \cdot L_7' \cdot t_3'^2 = \boxed{\phantom{000}} \cdot \boxed{\phantom{000}} \text{ mm}^3$$

既設と追設の断面③における曲げ応力  $\sigma_{35}, \sigma_{35}'$  は、

$$\sigma_{35} = \frac{M_4}{Z_3} = \boxed{\phantom{000}} = 195 \text{ MPa}$$

$$\sigma_{35}' = \frac{M4'}{Z3'}$$

$$= \boxed{\phantom{147}} = 147 \text{ MPa}$$

既設の断面◎における曲げ応力 $\sigma_{35}$	195 (MPa)
追設の断面◎における曲げ応力 $\sigma_{35}'$	147 (MPa)

#### 4. 復水器水室フランジ変位量の評価

地震荷重による水室フランジの変位によって、水室出入口弁の弁体と接触しないことを確認する。3次元 FEM 解析を適用し、水室フランジの変位量 L を求めた。解析の詳細は「C.3 次元 FEM 解析」に示す。

水室フランジの変位量 L	126 (mm)
--------------	----------

なお、たわみ許容量は図 9.13-22 による。

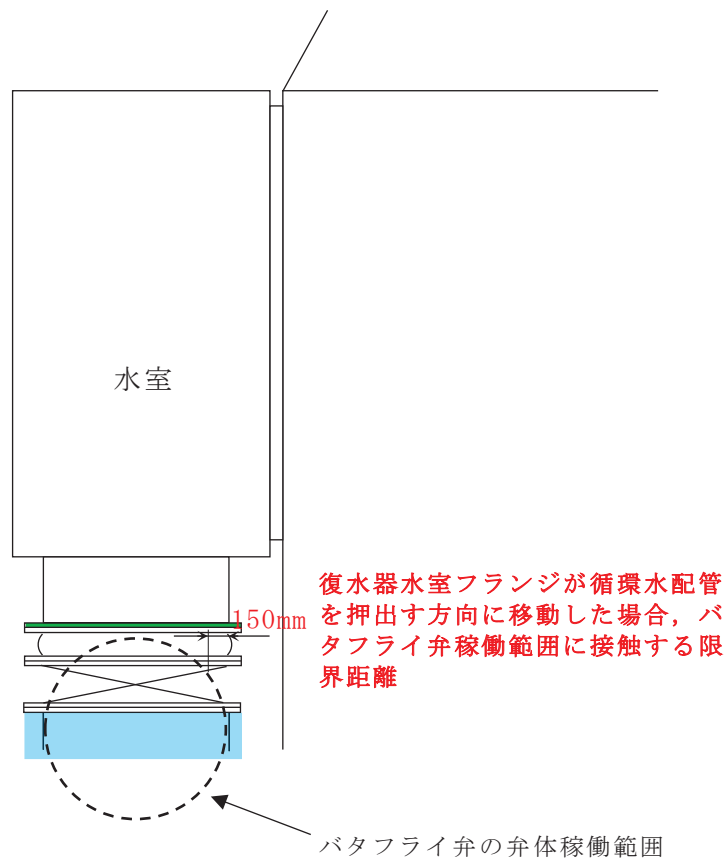


図 9.13-22 水室フランジ許容変位

5. 復水器基礎（No. I～IV）の評価

(1)鉛直方向を拘束する基礎台配置

復水器の鉛直方向を拘束する基礎台は、図 9.13-23 に示す基礎台 No. I～IVであり、復水器1台につき4個の基礎台で拘束している。なお、復水器運転中の熱伸びを吸収するため図 9.13-24 に示すとおり、復水器本体と基礎台間にすべり板を設置するとともにボルト固定部は穴に余裕を持たせている。

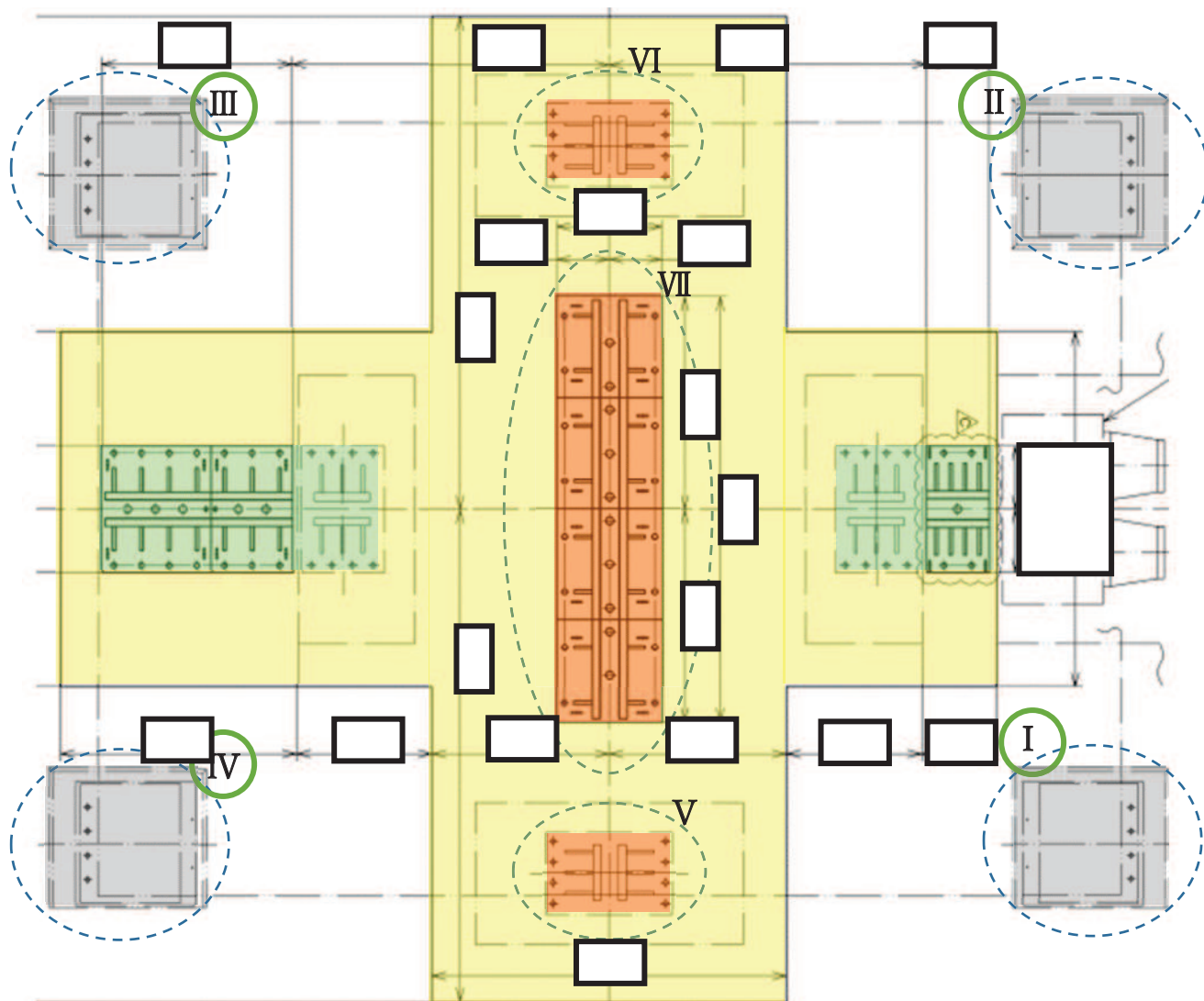


図 9.13-23 鉛直方向を拘束する復水器基礎台（平面図）

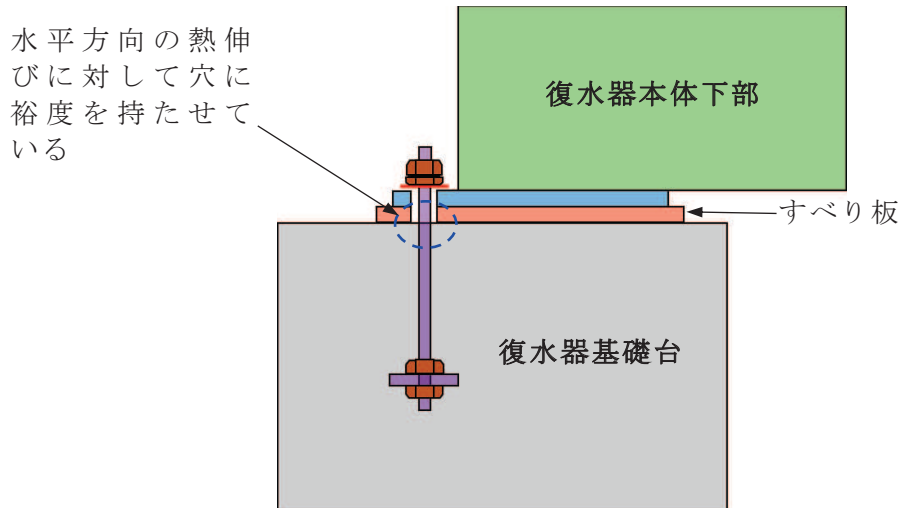


図 9.13-24 鉛直方向のみ拘束する構造の概略断面図

(2) 復水器基礎の評価条件

復水器の強度部材を考慮した 3 次元モデルを作成し，3 次元 FEM 解析により各ずれ止めに作用する荷重を算出する。水平 2 方向及び鉛直方向それぞれに対し応答スペクトル解析により荷重を求め，各方向による荷重を SRSS にて組み合わせる。各復水器基礎に作用する荷重を表 9.13-11 に示す。発生荷重の最も大きい No. II の値により評価する。解析の詳細は「C.3 次元 FEM 解析」に示す。

表 9.13-11 各耐震ずれ止めに作用する荷重

評価部位	算出荷重	発生荷重 (kN)
No. I	F	
No. II		
No. III		
No. IV		

(3) 基礎コンクリート圧縮の評価

基礎コンクリートを圧縮する面 A は，

$$A = \boxed{\phantom{0000}} = \boxed{\phantom{0000}} \text{ mm}^2$$

よって，基礎コンクリートにかかる圧縮応力  $\sigma_{41}$  は，

$$\sigma_{41} = \frac{F}{A}$$

$$= \boxed{\phantom{16}} = 16 \text{ MPa}$$

基礎コンクリートにかかる圧縮応力 $\sigma_{41}$	16 (MPa)
--------------------------------	----------

6. 復水器耐震基礎（No. V，VI，VII）評価（コーン破壊評価）

表 9.13-10 に示す荷重値を使用し，ずれ止め基礎台 No. V，VI，VII の基礎ボルトの引張（コーン破壊）を評価する。

(1) 耐震基礎と耐震ずれ止めの配置と形状

復水器の細管軸方向を拘束する基礎台は，図 9.13-25 に示す基礎台 No. V，VI，VII である。

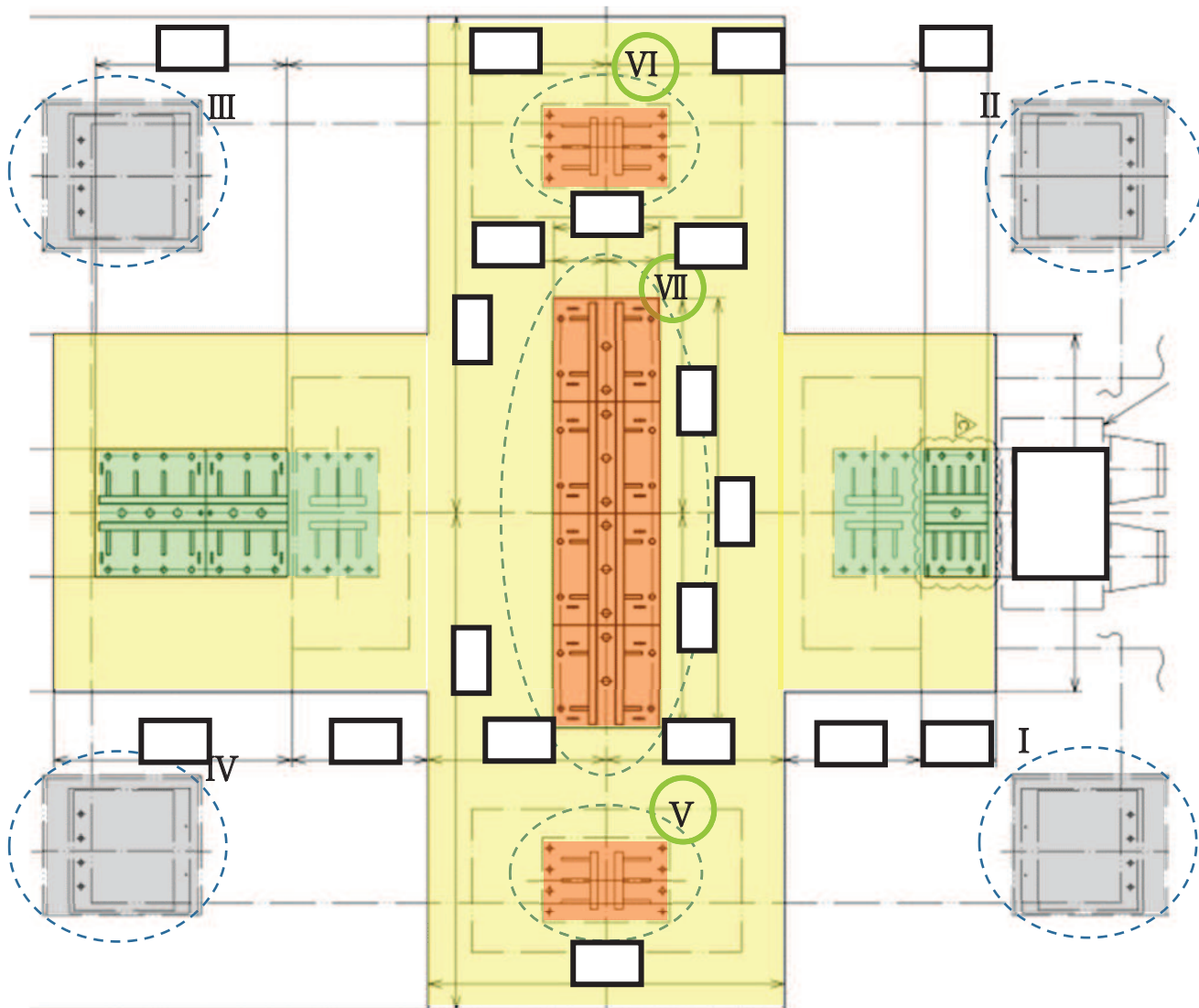
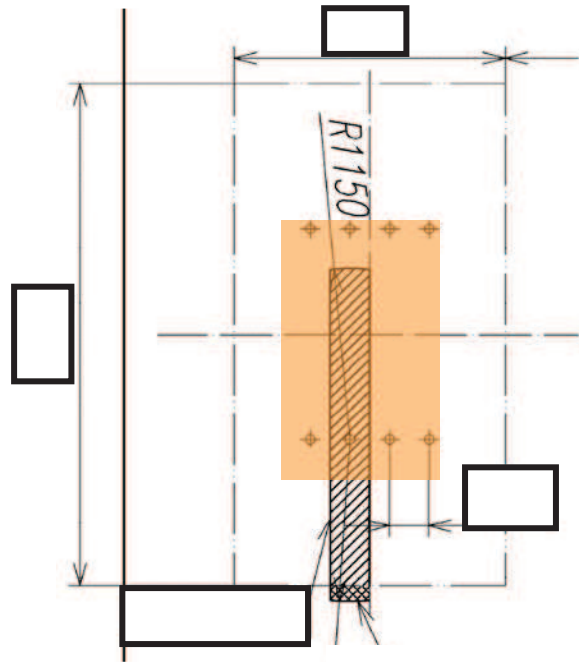


図 9.13-25 細管軸方向を拘束する復水器ずれ止め基礎台

溝形金物形状と基礎ボルト配置寸法を図 9.13-26 に示し，既設と追設の基礎ボルトを評価する。コーン破壊評価上最も厳しい評価として，図中斜線部で示す投影面積を評価対象とする。

既設ずれ止め



追設ずれ止め

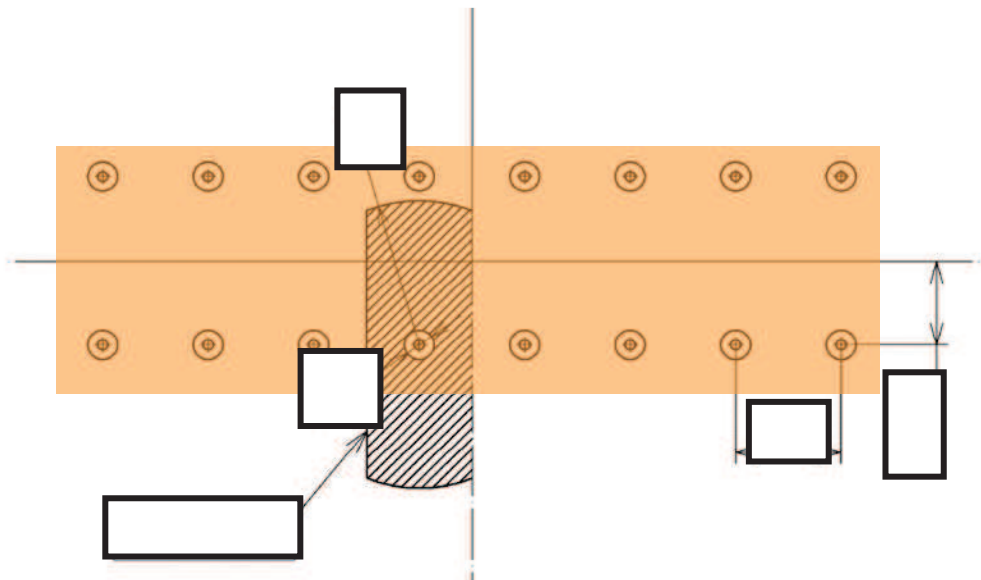


図 9.13-26 耐震ずれ止め形状と基礎ボルト配置寸法



(2) 既設基礎ボルトのコーン破壊評価

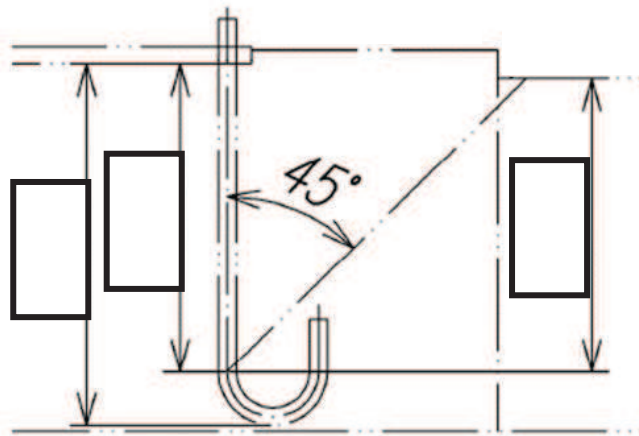


図 9.13-27 既設基礎ボルトの形状

供用状態 D (IV<sub>A</sub>S) : K1=0.6 ……JEAG4601-1991 表 2.2-1 より

$$F_c = 330 \text{ kgf/cm}^2$$

JEAG4601-1991 より, 基礎ボルト 1 本あたりの基礎コンクリートの許容引張荷重は,

$$Pa1 = K1 \times Ac1 \times \sqrt{F_c} \times g$$

$$= 0.6 \times \boxed{\phantom{0000}} \times \sqrt{330} \times 9.80665 = \boxed{\phantom{0000}} \text{ kN}$$

また, 3. 項より基礎ボルト (4 本) に働く力 P1 は  $\boxed{\phantom{0000}}$  kN となるため, 基礎ボルト (1 本) に働く力は,

$$\frac{P1}{4} = \boxed{\phantom{0000}} \text{ kN}$$

既設基礎ボルト (1 本) に働く力	$\boxed{\phantom{0000}}$ (kN)
--------------------	-------------------------------

(3) 追設基礎ボルトのコーン破壊評価

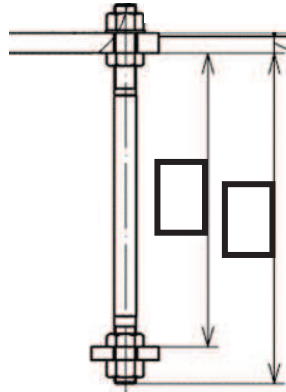


図 9.13-28 追設基礎ボルトの形状と配置

供用状態D (IV<sub>A</sub>S) : K1=0.6, K2=0.75 …JEAG4601-1991 表 2.2-1 より,

$$F_c' = 337 \text{ kgf/cm}^2$$

$$\alpha' = \sqrt{A_{c2}' / A_0'} = \boxed{\phantom{0.0}}$$

JEAG4601-1991 より, 基礎ボルト 1 本あたりの基礎コンクリートの許容引張荷重は,

$$Pa1' = K1 \times A_{c1}' \times \sqrt{F_c'} \times g$$

$$= \boxed{\phantom{1.399 \times 10^3}} = 1.399 \times 10^3 \text{ kN}$$

$$Pa2' = K2 \times \alpha' \times A_{o}' \times F_c' \times g$$

$$= \boxed{\phantom{4.724 \times 10^3}} = 4.724 \times 10^3 \text{ kN}$$

$$Pa' = \text{Min}(Pa1', Pa2') = 1.399 \times 10^3 \text{ kN}$$

また, 3. 項より基礎ボルト (8 本) に働く力 P1' は  $\boxed{\phantom{1.1192 \times 10^4}}$  となるため, 基礎ボルト (1 本) に働く力は,

$$\frac{P1'}{8} = \boxed{\phantom{1.399 \times 10^3}} \text{ kN}$$

追設基礎ボルト (1 本) に働く力  $\boxed{\phantom{1.399 \times 10^3}}$  (kN)

## 7. 評価結果

### (1) 復水器基礎 (No. V, VI, VII耐震ずれ止め側)

復水器水平方向を拘束する基礎 (No. V, VI, VII耐震ずれ止め側) の強度評価を行い、許容応力以下であることを確認した。

表 9.13-12 復水器基礎 (No. V, VI耐震ずれ止め側) の応力

評価部位		算出応力 (MPa)		許容応力 (MPa)	材質	最高使用温度 (°C)
底板と補強板 (圧縮)	既設	$\sigma 21$	152	270	SM400A 相当 (SMA400AP)	66
耐震用ずれ止め (曲げ)	既設	$\sigma 22$	166	247	SS400	66
I 形補強 (圧縮)	既設	$\sigma 23$	79	270	SS400	66

表 9.13-13 復水器基礎 (No. VII耐震ずれ止め側) の応力

評価部位		算出応力 (MPa)		許容応力 (MPa)	材質	最高使用温度 (°C)
耐震用ずれ止め (曲げ)	追設	$\sigma 22'$	86	283	SF490A	66
平板溶接部 (せん断)	追設	$\sigma 24$	99	163	SM400A 相当 (SMA400AP)	66

(2)復水器基礎 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側)

復水器水平方向を拘束する基礎 (No. V, VI, VII耐震基礎のずれ止め側) の強度評価を行い, 許容応力以下であることを確認した。

表 9.13-14 復水器基礎 (No. V, VI, VII 耐震基礎のずれ止め側) の応力

評価部位		算出応力 (MPa)		許容応力 (MPa)	材質	最高使用温度 (°C)
耐震基礎のずれ止め (圧縮)	既設	$\sigma$ 31	218	247	SS400	66
	追設		59			
基礎ボルト (引張)	既設	$\sigma$ 32	158	185	SS400	66
	追設		218	479	SCM435	
基礎ボルトとコンクリート (付着)	既設	—	—	—	—	—
	追設		—	—	—	—
埋設 I 形鋼 (曲げ)	既設	$\sigma$ 33	18	247	SS400	66
	追設		29			
埋設 I 形鋼 フランジ部 (曲げ)	既設	$\sigma$ 34	62	247	SS400	66
	追設		98			
板 (曲げ)	既設	$\sigma$ 35	195	247	SS400	66
	追設		147			

(3) 復水器水室フランジ変位量

地震荷重による水室フランジの変位量を評価し、許容変位量以下であることを確認した。

表 9.13-15 復水器水室フランジの変位量評価

評価部位	算出変位量 (mm)		許容変位量 (mm)
	水室フランジ (変位量)	L	126

(4) 復水器基礎コンクリート (No. I ~ IV)

復水器鉛直方向を拘束する基礎 (No. I ~ IV) のコンクリート圧縮を評価し、許容応力以下であることを確認した。

表 9.13-16 復水器基礎 (No. I ~ IV) のコンクリート破壊評価

評価部位	算出応力 (MPa)		許容応力 (MPa)
	基礎コンクリート (圧縮)	$\sigma_{41}$	16

(5) 復水器ずれ止め基礎 (No. V, VI, VII) コンクリート

耐震基礎のずれ止め (No. V, VI, VII) の基礎ボルトの引張力を評価し、コンクリートのコーン破壊に対して許容引張荷重以下であることを確認した。

表 9.13-17 復水器ずれ止め基礎 (No. V, VI, VII) コンクリートのコーン破壊評価

評価部位	算出引張荷重 (kN)	許容引張荷重 (kN)
基礎コンクリート既設基礎ボルト部 (1本) のコーン破壊	$5.064 \times 10^2$	$6.225 \times 10^2$
基礎コンクリート追設基礎ボルト部 (1本) のコーン破壊	$6.990 \times 10^2$	$1.399 \times 10^3$

### C.3 次元 FEM 解析

#### 1. 解析条件

復水器本体移動による接触影響の評価においては、実態に近い耐震評価を実施することを目的として、3次元 FEM 解析により耐震ずれ止め及び復水器基礎に発生する荷重、復水器水室フランジ部の変位を求めた。

耐震上考慮すべき復水器の強度部材を考慮し、3次元解析モデルを作成した。解析モデル鳥瞰図を図 9.13-29 に示す。また、解析モデル作成における設定条件を表 9.13-18 に示す。

設計用地震力としては復水器基礎台高さ (O.P. 800) における基準地震動  $S_s$  の床応答スペクトルを適用する。

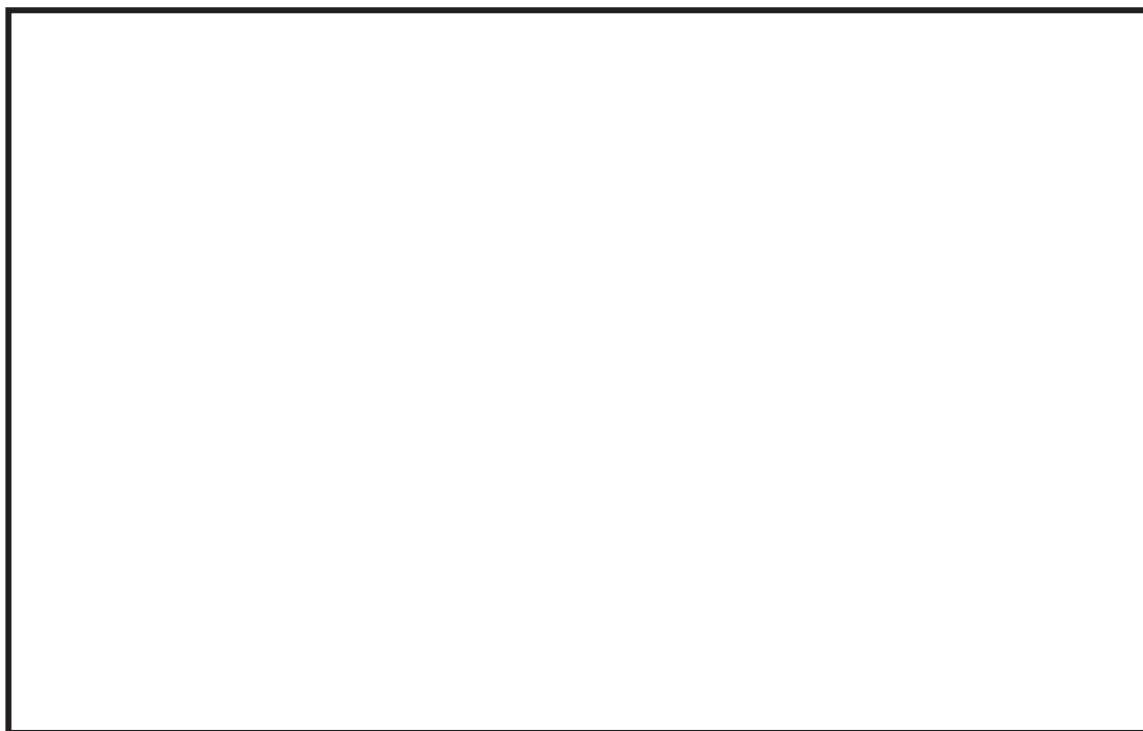


図 9.13-29 復水器解析モデル鳥瞰図

表 9.13-18 復水器解析モデル条件

温度条件		66℃(最高使用温度)
材料物性	縦弾性係数	
	ポアソン比	
境界条件	耐震ずれ止め	
	復水器基礎 (鉛直方向拘束)	
	連絡胴	
モデル要素数		

2. 耐震ずれ止めに発生する荷重の算出

水平2方向それぞれに対し応答スペクトル解析により耐震ずれ止めに発生する荷重を求め、各方向による荷重をSRSSにて組み合わせることで、荷重を算出した。算出した荷重値を表9.13-19に示す。尚、評価部位の附番は図9.13-13に従う。

表 9.13-19 各耐震ずれ止めに作用する荷重

評価部位	発生荷重 (kN)
No. V	
No. VI	
No. VII	

3. 復水器基礎に発生する荷重の算出

水平2方向及び鉛直方向それぞれに対し応答スペクトル解析により、鉛直方向拘束の復水器基礎に発生する荷重を求め、各方向による荷重をSRSSにて組み合わせることで、荷重を算出した。算出した荷重値を表9.13-20に示す。尚、評価部位の附番は図9.13-13に従う。

表 9.13-20 各復水器基礎に作用する荷重

評価部位	発生荷重 (kN)
No. I	
No. II	
No. III	
No. IV	

#### 4. 水室フランジの変量の算出

弾塑性解析による評価を行う。水平 2 方向及び鉛直方向それぞれに対し各要素に発生する加速度を組合せて与え、水室フランジの変位量を算出した。算出した変位量を表 9.13-21 に示す。

表 9.13-21 水室フランジ変位量

評価部位	変位量(mm)
水室フランジの変位量	126