

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (588/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (589/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (590/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (591/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (592/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (593/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (594/621)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (595/621)

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

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (596/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (597/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (598/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (599/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (600/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (601/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (602/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (603/621)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (604/621)

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

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (605/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (606/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (607/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (608/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (609/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (610/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (611/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (612/621)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (613/621)

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

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (614/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (615/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (616/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (617/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (618/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (619/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (620/621)

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

表 2.7-1 消火栓からの放水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (621/621)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

2.8 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（溢水防護対象設備）

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

地震に起因する没水影響評価結果を表 2.8-1 に示す。

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

表 2.8-1 想定破損による没水影響評価結果まとめ

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

総合判定	○
------	---

備考：	
-----	--

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

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

2.9 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では、地震に起因する溢水による没水影響評価について記載する。

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

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

地震に起因する没水影響評価結果を表 2.9-1 に示す。

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (1/9)

評価種別：地震

溢水発生区画：全城

溢水源：基準地震動 Ss による地震力に対して耐震性が確保されていない系統

溢水量 (m³)：—

総合判定
○

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (2/9)

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (3/9)

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (4/9)

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (5/9)

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (6/9)

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備）（7/9）

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (8/9)

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

表 2.9-1 地震に起因する溢水による没水影響評価結果（重大事故等対処設備） (9/9)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

3. 被水影響評価について

3.1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価について

1. 被水影響評価方針

本資料では、想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価について記載する。被水影響評価については、評価ガイドに基づく以下の項目を踏まえ、溢水が発生した際に要求される機能が損なわれないことを評価する。

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

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

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

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

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

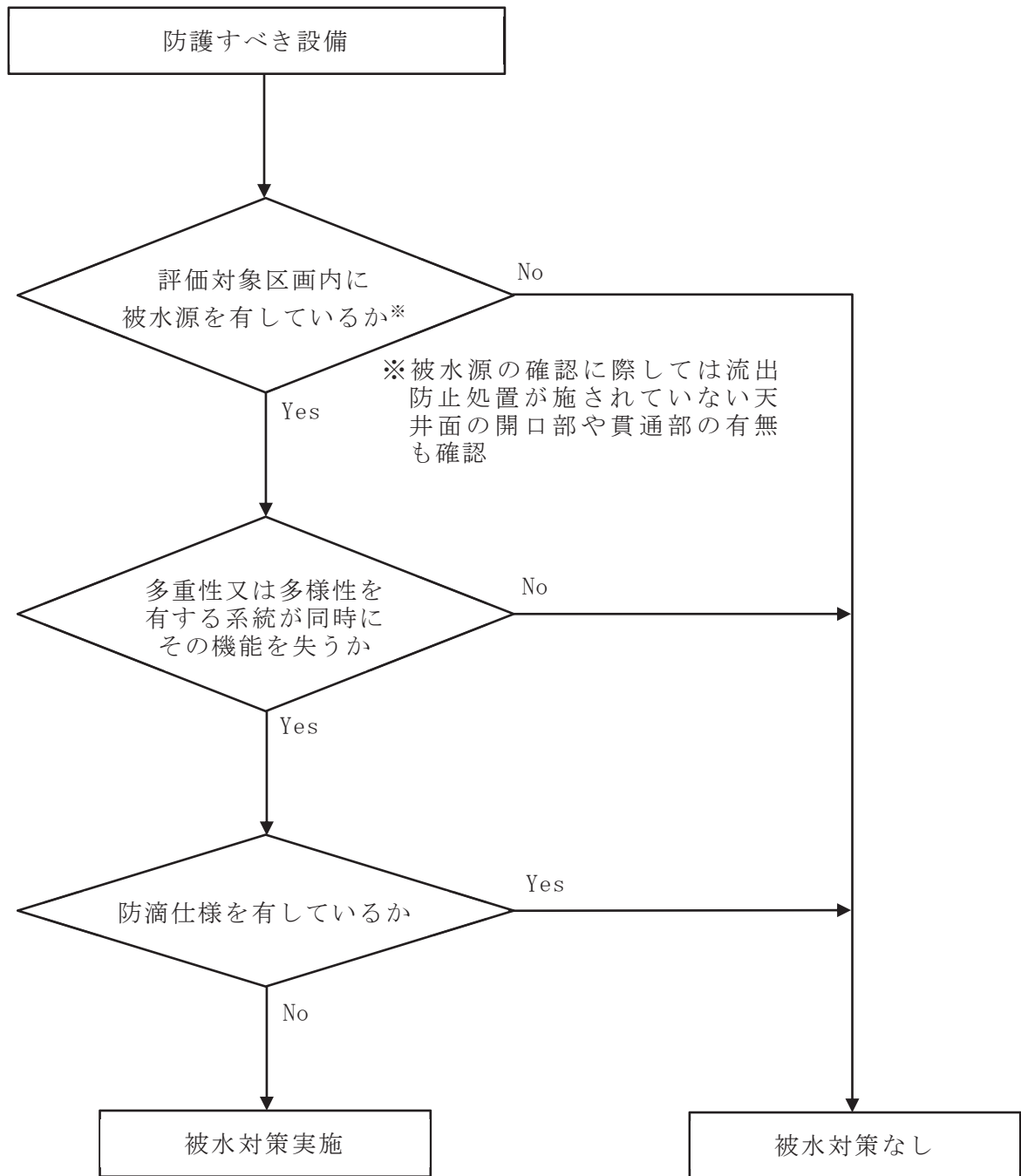


図 3.1-1 被水影響評価フロー

2. 防滴仕様を有する設備の保護等級について

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

IP 6 7

保護特性記号 第一記号 第二記号

第一記号：(人体及び固形異物に対する保護等級 0～6)

第二記号：(水の浸水に対する保護等級 0～8)

表 3.1-1 第二特性数字で示される水に対する保護等級

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

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

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

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

防護すべき設備（溢水防護対象設備）を設置する建屋及びエリアは以下のとおり。

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

各建屋の評価結果は、表 3.2-1 に示す。

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (1/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-3F-1
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
備考	

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (2/117)

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

総合判定	○
備考	

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (3/117)

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

総合判定	○
備考	

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (4/117)

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

総合判定	○
備考	

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (5/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-1-3
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m³)	265

総合判定	○
備考	

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (6/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (7/117)

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

総合判定	○
備考	

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (8/117)

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

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (9/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (10/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (11/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2
溢水源	FPC
溢水量 (m ³)	150

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (12/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (13/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (14/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-2-4
溢水源	MUWC
溢水量 (m³)	150

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (15/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (16/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (17/117)

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

総合判定	○
------	---

備考：	
-----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (18/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-10
溢水源	小口径配管
溢水量 (m ³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (19/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (20/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (22/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (23/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (24/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-4
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m ³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (25/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (26/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (27/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (28/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-MB1F-4
溢水源	LPCS
溢水量 (m³)	266

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (29/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (30/117)

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

総合判定	○
------	---

備考：電線管接続部等にコーキング処理対策実施
 ・RCICポンプニミヤムフロロー弁 (E51-F015)
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F016B)
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F018B)
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F024B)
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F011)
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F016A)
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F018A)
 ・RHR B系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F024A)
 ・RCIC注入弁 (E51-F003)
 ・RCICタービン排気ライオン隔離弁 (E51-F011)
 ・RCICポンプニミヤムフロロー弁 (E51-F015)
 ・FGS A系出口隔離弁 (I49-F003A)
 ・FGS B系出口隔離弁 (I49-F003B)
 ・RHR A系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F011A)
 ・RHR A系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F016A)
 ・RHR A系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F018A)
 ・RHR A系停止時冷却吸入隔離弁 (E11-F024A)
 ・RCIC注入弁 (E51-F003)
 ・RCICタービン排気ライオン隔離弁 (E51-F011)

原子炉施設

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (31/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (32/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (33/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (35/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (36/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (37/117)

評価種別：被水
溢水発生区画：R-B2F-1
溢水源：RCW (B)
溢水量 (m³)：265

総合判定
○

備考：

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (38/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (39/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-2
溢水源	LPCS
溢水量 (m ³)	266

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (40/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (41/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (42/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (43/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (44/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (45/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (46/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (47/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (48/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (49/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (50/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-15
溢水源	HPCS
溢水量 (m ³)	399

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (51/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (52/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (53/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-2, R-1F-9, R-MBIF-1, R-BIF-13
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m ³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (54/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-M2F-5, R-1F-7-1
溢水源	SLC
溢水量 (m ³)	65

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (56/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (57/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (58/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (59/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (60/117)

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

総合判定	○
------	---

備考：	
-----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (61/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (62/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (63/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (64/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (65/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (66/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (67/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (68/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-5
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m ³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (69/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-4, R-2F-16-1
溢水源	RCW (B)
溢水量 (m ³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (70/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-2F-17
溢水源	DGD0(A)
溢水量 (m ³)	23

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (72/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (73/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (74/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-15
溢水源	HPCW
溢水量 (m ³)	54

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (75/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (76/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (77/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-13-1
溢水源	FP
溢水量 (m³)	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (78/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-1F-13
溢水源	RCW (A)
溢水量 (m ³)	265

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (79/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (80/117)

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

総合判定
○

備考：

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (81/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (82/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (85/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B2F-8
溢水源	HNCW
溢水量 (m ³)	63

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (86/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R-B3F-14
溢水源	RSW (B)
溢水量 (m ³)	358

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (87/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (88/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (89/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (90/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (91/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (92/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (93/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (94/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	C-2F-6
溢水源	衛生
溢水量 (m ³)	68

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (96/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	C-1F-4
溢水源	衛生
溢水量 (m ³)	68

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (97/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (98/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (99/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (100/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (101/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	C-BIF-9
溢水源	衛生
溢水量 (m³)	68

総合判定	○
備考	

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (102/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	C-BIF-8
溢水源	FP
溢水量 (m ³)	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (103/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	C-BIF-4
溢水源	小口径配管
溢水量 (m ³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (104/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	R
溢水源	FP
溢水量 (m ³)	207

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (105/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	C-BIF-2
溢水源	小口径配管
溢水量 (m ³)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (106/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (107/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (108/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	C-B2F-2
溢水源	FP
溢水量 (m³)	207

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (109/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (110/117)

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

総合判定	○
------	---

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

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (111/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (112/117)

評価種別	被水
溢水発生区画	CST-1
溢水源	MUWC
溢水量 (m ³)	153

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (113/117)

評価種別：被水
溢水発生区画：LOT-1
溢水源：DGD0 (A)
溢水量 (m³)：23

総合判定
○

備考：

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (114/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (115/117)

評価種別：被水
溢水発生区画：LOT-3
溢水源：DGD0 (H)
溢水量 (m³)：23

総合判定
○

備考：

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

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

表 3.2-1 想定破損による被水影響評価結果まとめ (116/117)

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

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

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

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

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

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

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(2/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (3/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(4/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(5/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(6/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(7/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(8/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(9/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (10/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(11/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (12/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (13/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(14/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (15/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(16/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (17/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(18/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (19/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (20/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (21/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (22/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(23/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (24/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(25/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (26/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(27/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (28/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (29/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (30/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (31/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(32/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (33/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(34/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (35/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(36/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (37/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (38/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (39/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(40/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(41/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (42/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(43/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (44/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(45/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (46/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (47/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(48/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (49/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(50/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (51/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(52/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (53/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(54/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (55/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(56/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(57/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (58/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(59/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (60/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(61/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (62/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (63/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (64/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(65/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (66/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(67/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(68/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (69/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(70/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (71/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(72/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (73/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(74/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(75/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(76/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(77/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (78/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(79/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (80/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(81/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (82/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-2-4
溢水源	: MWC
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (83/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(84/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(85/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(86/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (87/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(88/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (89/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(90/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (91/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(92/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(93/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(94/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(95/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (96/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(97/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (98/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(99/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (100/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (101/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (102/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (103/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (104/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (105/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (106/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (108/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (109/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (110/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (111/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (112/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (113/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (114/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (115/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (116/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (117/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (118/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (119/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (120/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (121/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (122/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (123/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (124/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (125/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (126/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (127/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (128/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (129/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (130/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (131/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (132/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (133/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (134/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (135/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (136/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-3
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (137/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (138/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (139/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (140/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (141/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (142/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (143/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (144/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (145/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-1
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (146/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (147/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (148/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (149/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (150/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (151/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (152/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (153/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (154/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (155/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (156/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (157/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (158/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (159/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (160/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (161/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (162/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (163/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: RHR バルブ B
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (164/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (165/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (166/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (167/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (168/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (169/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (170/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (171/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (172/1089)

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

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (173/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (174/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (175/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (176/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (177/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (178/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (179/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (180/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (181/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-4
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (182/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (183/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (184/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (185/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (186/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (187/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (189/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (190/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-5
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (191/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (192/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (193/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (194/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (195/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (196/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (197/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (198/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (199/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: RHR バルブ A
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (200/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (201/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (202/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (203/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (204/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (205/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (206/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (207/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (208/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-6
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (209/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (210/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (211/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (212/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (213/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (214/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (215/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (216/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (217/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-7
溢水源	: FPC
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (218/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (219/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (220/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (221/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (222/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (223/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (224/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (225/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (226/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-5&R-1F-7-1
溢水源	: SLC
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (227/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (228/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (229/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (230/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (231/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (232/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (233/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (234/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (235/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-10
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (236/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (237/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (238/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (239/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (240/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (241/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (242/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (243/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (244/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-11
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (245/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (246/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (247/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (248/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (249/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (250/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (251/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (252/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (253/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-12
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: ー
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (254/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (255/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (256/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (257/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (258/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (259/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (260/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (261/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (262/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-MBIF-2
溢水源	: HPCS
溢水量(m ³)	: —
総合判定	
○	

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (263/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (264/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (265/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (266/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (267/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (268/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (269/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (270/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (271/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-MBIF-4
溢水源	: LPCS
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (272/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (273/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (274/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (275/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (276/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (277/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (278/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (279/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (280/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-1
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (281/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (282/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (283/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (284/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (285/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (286/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (287/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (288/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (289/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-2
溢水源	: HPCS
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (290/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (291/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (292/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (293/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (294/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (295/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (297/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (298/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-3
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (299/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (300/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (301/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (302/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (303/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (304/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (305/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (306/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (307/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-3-2
溢水源	: FDW
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (308/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (309/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (310/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (311/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (312/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (313/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (314/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (315/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (316/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-5
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (317/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (318/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (319/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (320/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (321/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (322/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (323/1089)

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

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (324/1089)

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

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

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (325/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-1
溢水源	: RCW (A) RCW (B)
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (326/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (327/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (328/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (329/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○		○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
					緩和	ドライウエル水位				
					緩和	ドライウエル温度				
					緩和	ドライウエル圧力				
					緩和	圧力抑制室圧力				
		○		○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位									
緩和	ドライウエル水位									
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力						
			防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	サブプレッションプール水温度						
			防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
			緩和	圧力抑制室内空気温度						
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
			防止	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (330/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (331/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○	
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (332/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (333/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (334/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-2
溢水源	: LPCS
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (335/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (336/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
防止	（燃料プール冷却浄化系）										
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (337/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (338/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
○		○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○		○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (339/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (340/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (341/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定									
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定								
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）												
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量												
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉格納容器下部注水流量												
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力												
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力												
				防止	復水移送ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉水位（広帯域）												
				防止	原子炉水位（燃料域）												
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）												
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）												
				防止	主要パラメータの他チャンネル												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力												
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力												
				緩和	緩和	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○				
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)							
		緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)														
		緩和	ドライウェル圧力														
		緩和	圧力抑制室圧力														
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
					防止	使用済燃料プール監視カメラ											
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
	防止				使用済燃料プール監視カメラ												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	防止				使用済燃料プール監視カメラ												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）															
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）															
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					○							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					○							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (342/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (343/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-3
溢水源	: HPCS
溢水量(m ³)	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	✕		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (344/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (345/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用直流電源設備）						
			防止	（非常用交流電源設備）						
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (346/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					○	防止	原子炉圧力		
				防止		原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止	原子炉水位（燃料域）							
○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
○	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
	緩和	圧力抑制室水位							
○	緩和	原子炉水位（広帯域）							
	緩和	原子炉水位（燃料域）							
	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (347/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
				防止	ドライウエル温度				
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (348/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (349/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)					
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)					
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
	○	防止		原子炉圧力容器温度					
	○	防止		サブプレッションプール水温度					
	○	防止		残留熱除去系熱交換器入口温度					
	○	防止		原子炉補機冷却水系系統流量					
	○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
	○	防止	圧力抑制室水位						
	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止	原子炉圧力						
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○	防止	原子炉圧力容器温度						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
○	防止	ドライウエル圧力							
○	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	ドライウエル温度							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力							
○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (350/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (351/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○	○	-	-			
	減圧	○	○	-	-			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	低圧注水	○	○	-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (352/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-4
溢水源	: RCW (B)
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (353/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (354/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (355/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (356/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和				ドライウエル水位					
緩和				ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (357/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (358/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (359/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定									
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定								
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）												
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉格納容器下部注水流量												
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				防止	復水移送ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉水位（広帯域）												
				防止	原子炉水位（燃料域）												
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）												
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）												
				防止	主要パラメータの他チャンネル												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				緩和	緩和	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○				
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
				緩和					緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
	緩和	緩和	○	○				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)								
	緩和	緩和	○	○				緩和	ドライウェル圧力								
	緩和	緩和	○	○				緩和	圧力抑制室圧力								
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ								
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (360/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
				59	居住性の確保	○	○	
防止	(中央制御室遮蔽)							
防止	(中央制御室換気空調系)							
防止	送受話器 (ページング)							
防止	電力保安通信用電話設備							
*2	中央制御室照明							
緩和	なし							
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (361/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-5
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
防止			制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
防止			原子炉保護系						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	×	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (362/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (363/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (364/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (365/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和				ドライウエル水位				
緩和				ドライウエル温度				
○	○	緩和	ドライウエル圧力					
		緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (366/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (367/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (368/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (369/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (370/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-6
溢水源	: RCW (常用系)
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
				防止	原子炉保護系				
	ほう酸水注入	○		防止	制御棒				
防止	制御棒駆動機構								
防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット								
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
防止	制御棒								
防止	制御棒駆動機構								
防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット								
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	防止	125V 蓄電池 2B							
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ								
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ								
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
	防止	低圧炉心スプレイ系							
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	防止	(低圧炉心スプレイ系)							
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止	(海水ポンプ室)								
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
緩和	低圧炉心スプレイ系								
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
緩和	低圧炉心スプレイ系								
緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)								
緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (371/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		×		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (372/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）				
防止	（燃料プール冷却浄化系）									
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○	防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用交流電源設備）						
			防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (373/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (374/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度			○	
				防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				緩和	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	圧力抑制室圧力				
○	○	○	○	防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (375/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	○	○	緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
			緩和	復水貯蔵タンク水位				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
緩和				格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (376/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					○
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (377/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和			
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)								
		緩和	緩和	ドライウェル圧力								
		緩和	緩和	圧力抑制室圧力								
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止						
					防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
	防止	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
	防止	防止	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (378/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (379/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-6-1
溢水源	: CUW
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(高圧炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
ブローアウトパネル	○	防止	なし					
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
防止			(海水ポンプ室)					
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)					
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (380/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
				緩和	高圧炉心スプレイ系				
				緩和	原子炉保護系				
				緩和	制御棒				
				緩和	制御棒駆動機構				
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
緩和			低圧炉心スプレイ系						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	—	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	○	
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)	○			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)	○			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)								
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (381/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (382/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (383/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
				防止	ドライウエル温度				
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (384/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				
×		防止		主要パラメータの他チャンネル	○				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	起動領域モニタ					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
	防止		圧力抑制室内空気温度						
	○		緩和	サブプレッションプール水温度					
	○		緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
	○		緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和		ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (385/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (386/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (387/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	×	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (388/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-6-2
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系)				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (389/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (390/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
防止			燃料交換フロア放射線モニタ								
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○			
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (391/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位
	防止	原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
○	○	緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (392/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (393/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉圧力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (394/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (395/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (396/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○	○	-	-			
燃料冷却	高压代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○	○	-	-			
	低压注水	○	○	-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (397/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-1
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m ³)	: ー
	総合判定
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系)				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (398/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (399/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (400/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
	緩和	原子炉水位（燃料域）						
緩和	原子炉水位（SA広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (401/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (402/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (403/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○	防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (404/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (405/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (406/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-2
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m ³)	: ー
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高压代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高压炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高压炉心スプレイ系				
				防止	(高压炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高压窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高压窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低压代替注水系(常設)(直流駆動低压注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	低压代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
				防止	残留熱除去系(低压注水モード)				
	残留熱除去系(低压注水モード)による低压注水	○		防止	残留熱除去系(残留熱除去系(低压注水モード))				
				防止	残留熱除去系(残留熱除去系(低压注水モード))				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	残留熱除去系(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低压代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低压代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						
		緩和	残留熱除去系(低压注水モード)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (407/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
緩和			格納容器内雰囲気水素濃度							
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (408/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○	防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	（軽油タンク）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (409/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (410/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和				ドライウエル水位					
緩和				ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (411/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (412/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
		○	防止	原子炉圧力				○		
		○	防止	ドライウエル圧力						
		○	防止	圧力抑制室圧力						
		○	防止	ドライウエル温度						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (413/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				使用済燃料プール監視カメラ							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (414/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (415/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-3
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (416/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
		○		緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (417/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	（軽油タンク）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止				原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
			防止	原子炉圧力容器温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (418/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (419/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (420/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
			防止	起動領域モニタ					
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
			緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (421/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (422/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (423/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—				○	
	ほう酸水注入系	○		—	—					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—				○	
	減圧	○		—	—					
	低圧注水	○		—	—					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (424/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-4
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	×		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (425/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (426/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (427/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (428/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (429/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (430/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (431/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (432/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (433/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-5
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	✕		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (434/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
残留熱除去系 (低圧注水モード)	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
残留熱除去系 (低圧注水モード)	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (435/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用直流電源設備）						
			防止	（非常用交流電源設備）						
			防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (436/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位
	防止	原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA広帯域）								
○	○	防止	原子炉水位（SA燃料域）						
		防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA燃料域）						
		防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
○	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA燃料域）						
		緩和	圧力抑制室水位						
○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (437/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○		○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (438/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (439/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (440/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (441/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
	減圧	○	○	—	—			
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
	格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—		
格納容器除熱	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (442/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-6
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
防止			制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
防止			原子炉保護系						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却水系						
		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (443/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
緩和			格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (444/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (445/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (446/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
						緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位										
緩和	ドライウエル水位										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	ドライウエル温度						
	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (447/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止				主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (448/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (449/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和				
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
		緩和	緩和	ドライウェル圧力									
		緩和	緩和	圧力抑制室圧力									
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止							
					防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (450/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	-	-			○
				高圧代替注水				
				減圧				
燃料冷却	ほう酸水注入系	○	○	-	-			○
				低圧注水				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
				耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (451/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-7
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				○	
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)					
				防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (452/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	残留熱除去系 (低圧注水モード)	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
残留熱除去系 (低圧注水モード)	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (453/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
	水の供給	○		防止	（復水貯蔵タンク）				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (454/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (455/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
防止	主要パラメータの他の検出器								
防止	ドライウエル圧力								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
○	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (456/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○		防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (457/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度						○
		○		防止	サブプレッションプール水温度						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
		○	防止	圧力抑制室水位							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)									
○	防止	原子炉圧力容器温度									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○			
	○	防止	ドライウエル圧力								
	○	防止	圧力抑制室圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○			
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉圧力 (SA)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (458/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (459/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (460/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-8
溢水源	: HPCS
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	×	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(高圧炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	×		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
防止			(海水ポンプ室)					
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (461/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	×	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	×		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
溶融炉心の落下遅延・防止	×	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (462/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (463/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA広帯域）											
防止	原子炉水位（SA燃料域）											
○	○	防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA広帯域）									
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (464/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
						防止	ドライウエル水位			
						防止	ドライウエル温度			
						防止	ドライウエル圧力			
						防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
						緩和	ドライウエル水位			
						緩和	ドライウエル温度			
						緩和	ドライウエル圧力			
						緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位									
緩和	ドライウエル水位									
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (465/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (466/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (467/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (468/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (469/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-9
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m ³)	: —
	総合判定
	○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○		
				防止	なし					
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)					
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(470/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (471/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉压力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉压力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (472/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (473/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和					ドライウエル水位					
緩和					ドライウエル温度					
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
				防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (474/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (475/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (476/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(477/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (478/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-15
溢水源	: HPCS
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (479/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (480/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
		○		防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○			
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (481/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (482/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (483/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (484/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (485/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
						緩和	ドライウェル圧力			
						緩和	圧力抑制室圧力			
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止		使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止		使用済燃料プール監視カメラ								
防止		使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (486/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (487/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-7&R-B3F-10
溢水源	: HPCS
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (488/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	○	
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)	○			
				緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)	○			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)						
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (489/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (490/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					○	防止	原子炉圧力		
				防止		原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	緩和	圧力抑制室水位							
	緩和	原子炉水位（広帯域）							
	緩和	原子炉水位（燃料域）							
	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (491/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和				ドライウエル水位					
緩和				ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (492/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○		
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (493/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
		○	防止	原子炉圧力				○		
		○	防止	ドライウエル圧力						
		○	防止	圧力抑制室圧力						
		○	防止	ドライウエル温度						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (495/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	×		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (496/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M3F-3-1
溢水源	: HNCW
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (497/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (498/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○	防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）					
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (499/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和	原子炉水位（燃料域）							
緩和	原子炉水位（SA広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (500/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
緩和	ドライウエル温度							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	緩和		圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (501/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (502/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
		○		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
○		防止		原子炉圧力						
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (504/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○	○	-	-			
燃料冷却	高压代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○	○	-	-			
	低压注水	○	○	-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (505/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-5
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系)				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (506/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
		○		緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	○		
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)	○				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)	○				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (507/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (508/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (509/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	緩和		ドライウエル水位						
	緩和		ドライウエル温度						
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
防止				ドライウエル圧力					
防止		圧力抑制室圧力							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		サブプレッションプール水温度							
防止		圧力抑制室圧力							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		圧力抑制室内空気温度							
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力						
	防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (510/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	×	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (511/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (513/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (514/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-6
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (515/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	なし							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能					
		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)	○						
		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)	○						
緩和	格納容器内雰囲気水素濃度									
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (516/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (517/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (518/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	緩和		ドライウエル水位						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
防止	圧力抑制室内空気温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (519/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	×	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (520/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		×		防止	主要パラメータの他チャンネル	○				
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)						
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (522/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (523/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-6-1
溢水源	: HWH
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (524/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (525/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和		なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (526/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (527/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
防止	主要パラメータの他の検出器								
防止	ドライウエル圧力								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (528/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (529/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (530/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (531/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (532/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-7
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)					
				防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (533/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (534/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
	水の供給	○		防止	（復水貯蔵タンク）				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (535/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (536/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和					ドライウエル水位					
緩和					ドライウエル温度					
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
				防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (537/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (538/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (539/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力						
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力						
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし											
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (540/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
	減圧	○	○	—	—			
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
	格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—		
格納容器除熱	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (541/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-7-1
溢水源	: HWH
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム L O C A 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (542/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (543/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (544/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (545/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (546/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (547/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (548/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (549/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (550/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-8
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
	ほう酸水注入	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
				防止	原子炉保護系				
防止			制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	原子炉保護系						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
				防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	なし				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	(貯留堰)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	防止	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (551/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (552/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	（軽油タンク）				○	
				防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
				防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
防止				原子炉圧力						
防止				原子炉圧力（SA）						
防止				原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉圧力容器内の圧力	○	○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (553/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (554/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
						緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位										
緩和	ドライウエル水位										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	ドライウエル温度						
	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (555/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (556/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (557/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (558/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (559/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-8-1
溢水源	: HWH
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (560/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (561/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定			
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定				
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○			
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし							
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○			
				防止	燃料プール冷却浄化系							
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）							
				防止	燃料プール冷却浄化系							
				緩和	なし							
				緩和	なし							
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
					防止	燃料プール冷却浄化系						
					緩和	なし						
					緩和	なし						
					緩和	なし						
					緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位						
					防止	燃料貯蔵プール水温度						
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
防止					燃料交換フロア放射線モニタ							
防止					燃料取替エリア放射線モニタ							
防止					原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止					残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）							
				防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○			
				防止	（復水貯蔵タンク）							
	水の供給	○	○	防止	なし							
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○			防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○			防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○			○	○	防止	非常用所内電気設備				
							防止	（非常用所内電気設備）				
							防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用交流電源設備	○			○	防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	○	○	防止	（軽油タンク）							
				防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
				防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
					防止	原子炉圧力						
					防止	原子炉圧力（SA）						
					防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度										
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
						防止	原子炉圧力（SA）					
防止						原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）											
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
防止	原子炉圧力容器温度											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (562/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (563/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (564/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	○	○	緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
			緩和	復水貯蔵タンク水位				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
緩和			格納容器内水素濃度 (S/C)					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	平均出力領域モニタ					
		防止	起動領域モニタ					
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	圧力抑制室内空気温度			
		○		緩和	サブプレッションプール水温度			
				緩和	圧力抑制室水位			
		○		緩和	原子炉水位（広帯域）			
				緩和	原子炉水位（燃料域）			
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）			
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			
				緩和	原子炉圧力容器温度			
				緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (565/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	○	防止		格納容器内水素濃度(D/W)							
	○	防止		格納容器内水素濃度(S/C)							
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	主要パラメータの他チャンネル						○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度						○
		○		防止	サブプレッションプール水温度						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
		○	防止	圧力抑制室水位							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉水位 (広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (燃料域)									
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)									
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)									
○	防止	原子炉圧力容器温度									
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○			
	○	防止	ドライウエル圧力								
	○	防止	圧力抑制室圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○			
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
○	防止	原子炉圧力									
○	防止	原子炉圧力 (SA)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (566/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (567/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (568/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-9&R-2F-11
溢水源	: HNCW
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
				防止	原子炉保護系				
	ほう酸水注入	○		防止	制御棒				
防止	制御棒駆動機構								
防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット								
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
防止	制御棒								
防止	制御棒駆動機構								
防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット								
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
防止	(HPCS 注入隔離弁)								
防止	なし								
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止	(海水ポンプ室)								
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (569/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (570/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (571/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位
	防止	原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA広帯域）								
○	○	防止	原子炉水位（SA燃料域）						
		防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA燃料域）						
		防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
○	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA燃料域）						
		緩和	圧力抑制室水位						
○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (572/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器						
	防止	圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	○	防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (573/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (574/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
		○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
○		防止		原子炉圧力						
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (576/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	-	-			○
				ほう酸水注入系				
				高圧代替注水				
燃料冷却	減圧	○	○	-	-			○
				低圧注水				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
				耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (577/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-12-1
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	自動減圧系							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
		防止	原子炉保護系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	原子炉保護系					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	制御棒					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	制御棒駆動機構					
	高圧窒素ガス供給系（非常用）による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁（自動減圧機能）のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
	ブローアウトパネル	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
47	低圧代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉の冷却	○	○	防止	自動減圧系				○	
	低圧代替注水系（常設）（直流駆動低圧注水系ポンプ）による原子炉の冷却	○		防止	非常用直流電源設備					
	低圧代替注水系（可搬型）による原子炉の冷却	○		防止	125V 蓄電池 2A					
	残留熱除去系（低圧注水モード）による低圧注水	○		防止	125V 蓄電池 2B					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
	非常用取水設備	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)					
				防止	なし					
				防止	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	低圧代替注水系（常設）（復水移送ポンプ）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
	低圧代替注水系（可搬型）による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	低圧炉心スプレイ系					
	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
		緩和	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (578/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (579/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
防止			燃料取替エリア放射線モニタ					
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
		防止	（燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (580/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (581/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	○	防止	圧力抑制室水位					
		防止	原子炉水位（広帯域）					
		防止	原子炉水位（燃料域）					
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
緩和		原子炉格納容器下部水位						
緩和		ドライウエル水位						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		ドライウエル圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	防止		サブプレッションプール水温度					
	防止		圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器						
	防止	圧力抑制室内空気温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
	○	防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (582/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (583/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (584/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力						
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力						
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし											
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (585/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (586/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-13-1
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (587/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
緩和			格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (588/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (589/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
	緩和	原子炉水位（燃料域）						
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (590/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和					ドライウエル水位					
緩和					ドライウエル温度					
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (591/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (592/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
		○	防止	原子炉圧力				○		
		○	防止	ドライウエル圧力						
		○	防止	圧力抑制室圧力						
		○	防止	ドライウエル温度						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (593/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (594/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (595/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-4&R-2F-16-1
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (596/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (597/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○	防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
				防止	（非常用交流電源設備）				
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
		防止	（非常用交流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (598/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (599/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
緩和	復水貯蔵タンク水位										
緩和	原子炉格納容器下部水位										
緩和	ドライウエル水位										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	ドライウエル温度						
	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (600/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (601/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (602/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (603/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (604/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-17
溢水源	: DGDO (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (605/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
		○		緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (606/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (607/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (608/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
○	防止		ドライウエル圧力						
○	防止		圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (609/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (610/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (611/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (612/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (613/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-18
溢水源	: DGDO (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (614/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	防止	(取水口)							
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
防止	(取水口)								
防止	(取水路)								
防止	(海水ポンプ室)								
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (615/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (616/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (617/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
緩和	ドライウエル温度								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (618/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (619/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (620/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (621/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
燃料冷却	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (622/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-2F-19
溢水源	: DGDO (H)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (623/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (624/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (625/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (626/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		緩和		原子炉格納容器下部水位					
		緩和		ドライウエル水位					
		緩和		ドライウエル温度					
		緩和		ドライウエル圧力					
		緩和		圧力抑制室圧力					
○		緩和		復水貯蔵タンク水位					
	緩和	原子炉格納容器下部水位							
	緩和	ドライウエル水位							
	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	ドライウエル圧力				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (627/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (628/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (629/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定									
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定								
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）												
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉格納容器下部注水流量												
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				防止	復水移送ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉水位（広帯域）												
				防止	原子炉水位（燃料域）												
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）												
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）												
				防止	主要パラメータの他チャンネル												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				緩和	緩和	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○				
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)							
		緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)														
		緩和	ドライウェル圧力														
		緩和	圧力抑制室圧力														
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
					防止	使用済燃料プール監視カメラ											
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
	防止				使用済燃料プール監視カメラ												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	防止				使用済燃料プール監視カメラ												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）															
	防止	使用済燃料プール監視カメラ															
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）															
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）															
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）															
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (630/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (631/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-8
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (632/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (633/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力			○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
					防止	原子炉圧力（SA）					
防止		原子炉水位（広帯域）									
防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (634/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
○	○	防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (635/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
				防止	ドライウエル温度				
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (636/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	○	○	緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
			緩和	復水貯蔵タンク水位				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
緩和			格納容器内水素濃度 (S/C)					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	平均出力領域モニタ					
		防止	起動領域モニタ					
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	圧力抑制室内空気温度			
		○		緩和	サブプレッションプール水温度			
				緩和	圧力抑制室水位			
		○		緩和	原子炉水位（広帯域）			
				緩和	原子炉水位（燃料域）			
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）			
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			
				緩和	原子炉圧力容器温度			
				緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (637/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (638/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (639/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○	○	-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○	○	-	-			
	低圧注水	○	○	-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (640/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-M2F-9
溢水源	: DGDO (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (641/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (642/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (643/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA広帯域）											
○	○	防止	原子炉水位（SA燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA燃料域）									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA広帯域）									
○	○	緩和	原子炉水位（SA燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (644/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (645/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (646/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○	防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (647/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (648/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)			
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (649/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-13
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (650/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (651/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (652/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (653/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
				防止	ドライウエル温度				
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (654/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (655/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
		○	防止	原子炉圧力				○		
		○	防止	ドライウエル圧力						
		○	防止	圧力抑制室圧力						
		○	防止	ドライウエル温度						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (657/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (658/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-13-1
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系)				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (659/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (660/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (661/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位
	防止	原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
○	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	圧力抑制室水位						
○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (662/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (663/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (664/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	防止	原子炉圧力								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (665/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (666/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (667/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-14
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (668/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (669/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (670/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (671/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
				防止	ドライウエル温度				
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (672/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	○	○	緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
			緩和	復水貯蔵タンク水位				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
緩和			格納容器内水素濃度 (S/C)					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	平均出力領域モニタ					
		防止	起動領域モニタ					
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	圧力抑制室内空気温度			
		○		緩和	サブプレッションプール水温度			
				緩和	圧力抑制室水位			
		○		緩和	原子炉水位（広帯域）			
				緩和	原子炉水位（燃料域）			
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）			
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			
				緩和	原子炉圧力容器温度			
				緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (673/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (674/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)						
		緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
		緩和	ドライウェル圧力												
		緩和	圧力抑制室圧力												
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
					防止	使用済燃料プール監視カメラ									
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	防止				使用済燃料プール監視カメラ										
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止				使用済燃料プール監視カメラ										
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
		○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (675/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (676/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-15
溢水源	: HPCW
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (677/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
緩和			格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (678/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (679/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (680/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (681/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (682/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○	防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (683/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量						
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				○							
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和				ドライウェル圧力					
		緩和				圧力抑制室圧力					
			使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (684/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (685/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-15-1
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
防止			(取水口)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (686/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (687/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
防止			燃料交換フロア放射線モニタ								
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○			
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (688/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (689/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (690/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (691/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (692/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (693/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
燃料冷却	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (694/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-16
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系)				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (695/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (696/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (697/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (698/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の注水量	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (699/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (700/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (702/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (703/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-1F-17
溢水源	: RCW (常用系)
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(高圧炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
防止			(海水ポンプ室)					
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系					
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (704/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (705/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
	水の供給	○		防止	（復水貯蔵タンク）				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (706/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和	原子炉水位（燃料域）							
緩和	原子炉水位（SA広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (707/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○		防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
○	○	防止	圧力抑制室圧力						
		防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	ドライウエル圧力						
	○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (708/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
			緩和	ドライウエル圧力					
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (709/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (710/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (711/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (712/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-7
溢水源	: RCW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (713/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (714/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
非常用交流電源設備	○	○	防止	（非常用直流電源設備）						
			防止	（非常用交流電源設備）						
			防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (715/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (716/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (717/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (718/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					○
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (719/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定									
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定								
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）												
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉格納容器下部注水流量												
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				防止	復水移送ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉水位（広帯域）												
				防止	原子炉水位（燃料域）												
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）												
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）												
				防止	主要パラメータの他チャンネル												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				緩和	緩和	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○				
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
				緩和					緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
	緩和	緩和	○	○				緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)								
	緩和	緩和	○	○				緩和	ドライウェル圧力								
	緩和	緩和	○	○				緩和	圧力抑制室圧力								
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ								
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ									
防止	防止				○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (720/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (721/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-8
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (722/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (723/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和		なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
	水の供給	○		防止	（復水貯蔵タンク）				
防止				なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (724/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位
	防止	原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
○	○	防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	圧力抑制室水位						
○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (725/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
			防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (726/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (727/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (728/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (729/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
	減圧	○	○	—	—			
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
	格納容器除熱	○	○	—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (730/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B1F-11
溢水源	: RCW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系)				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (731/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	残留熱除去系 (低圧注水モード)	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
残留熱除去系 (低圧注水モード)	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (732/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (733/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (734/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
						防止	ドライウエル水位			
						防止	ドライウエル温度			
						防止	ドライウエル圧力			
						防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
						緩和	ドライウエル水位			
						緩和	ドライウエル温度			
						緩和	ドライウエル圧力			
						緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位									
緩和	ドライウエル水位									
緩和	ドライウエル温度									
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	ドライウエル圧力					
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
				防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (735/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (736/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (737/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (738/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (739/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-8
溢水源	: HNCW
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等 判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし			○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系			○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	×		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
				防止	制御棒駆動機構			
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系					
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(原子炉隔離時冷却系)			
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系			
				防止	(高圧炉心スプレイ系)			
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系			
				防止	原子炉保護系			
				防止	制御棒			
防止			制御棒駆動機構					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系			
				防止	非常用直流電源設備			
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A			
				防止	125V 蓄電池 2B			
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)			
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)					
ブローアウトパネル	○	防止	なし					
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))			
				防止	低圧炉心スプレイ系			
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
				防止	(低圧炉心スプレイ系)			
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
				防止	(貯留堰)			
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)			
				防止	(取水路)			
防止			(海水ポンプ室)					
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
		緩和	低圧炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (740/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定				
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○			
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))							
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))							
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))							
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)									
		防止	(取水口)									
		防止	(取水路)									
		防止	(海水ポンプ室)									
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))							
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))							
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)									
		防止	(取水口)									
		防止	(取水路)									
		防止	(海水ポンプ室)									
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○			
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		防止	なし									
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○			
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし							
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし							
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系							
				緩和	高圧炉心スプレイ系							
	52	(原子炉格納容器調気系)		○	○	緩和	なし					○
		可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化		○		緩和	なし					
		原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
緩和			格納容器内雰囲気水素濃度									
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (741/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）					
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (742/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (743/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (744/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (745/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (746/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (747/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)			
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	×		—	—			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○		—	—			
	低圧注水	○		—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (748/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-9
溢水源	: RCW（常用系）
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系)				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (749/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (750/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
防止			燃料交換フロア放射線モニタ								
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		○		防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○			
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (751/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (752/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
						緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位										
緩和	ドライウエル水位										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	主要パラメータの他の検出器						
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度						
				防止	圧力抑制室圧力						
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
				防止	ドライウエル温度						
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (753/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		緩和	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (754/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (広帯域)				○	
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (756/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○	○	-	-			
	減圧	○	○	-	-			
燃料冷却	低圧注水	○	○	-	-			○
	格納容器除熱	○	○	-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (757/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B2F-10
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○		
				防止	なし					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				防止	(貯留堰)					
非常用取水設備	○	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (758/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
		○		緩和	制御棒					
		○		緩和	制御棒駆動機構					
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
		○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (759/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (760/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (761/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度			○	
				防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				緩和	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	圧力抑制室圧力				
○	○	○	○	防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
○	○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (762/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (763/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (764/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (765/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (766/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-11
溢水源	: RSW (A)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
防止			制御棒						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (767/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	残留熱除去系 (低圧注水モード)	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
残留熱除去系 (低圧注水モード)	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (768/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (769/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (770/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位			
					防止	原子炉水位（広帯域）			
	防止				原子炉水位（燃料域）				
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
					防止	ドライウエル水位			
					防止	ドライウエル温度			
					防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和					ドライウエル水位				
緩和					ドライウエル温度				
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
			緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
				防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
				防止	ドライウエル温度				
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (771/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	○	○	緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
			緩和	復水貯蔵タンク水位				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
緩和				格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (772/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
		○	防止	原子炉圧力				○		
		○	防止	ドライウエル圧力						
		○	防止	圧力抑制室圧力						
		○	防止	ドライウエル温度						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (773/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (774/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (775/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-12
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (776/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
緩和			格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (777/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (778/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (779/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (780/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (781/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度						○
		○		防止	サブプレッションプール水温度						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
		○	防止	圧力抑制室水位							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○		
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○			
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○			
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (783/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (784/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-13
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (785/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	×		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (786/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (787/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (788/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (789/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
		緩和	復水貯蔵タンク水位							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
		緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
		緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量							
		緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量							
		緩和	原子炉格納容器下部注水流量							
		緩和	復水貯蔵タンク水位							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
		防止	格納容器内雰囲気水素濃度							
		○	防止		主要パラメータの他チャンネル					
		防止	格納容器内雰囲気水素濃度							
		○	緩和		主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)							
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)								
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
	○	防止		主要パラメータの他チャンネル						
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
		○		防止	平均出力領域モニタ					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
		○		防止	圧力抑制室内空気温度					
		○		緩和	サブプレッションプール水温度					
		○		緩和	圧力抑制室水位					
		○		緩和	原子炉水位（広帯域）					
		○		緩和	原子炉水位（燃料域）					
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）						
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）						
○		緩和		原子炉圧力容器温度						
○		緩和		原子炉格納容器下部水位						
○		緩和		ドライウエル水位						
○		緩和		ドライウエル温度						
○	緩和	ドライウエル圧力								
○	緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (790/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (791/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし											
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (792/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
	減圧	○	○	—	—			
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
	格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—		
格納容器除熱	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (793/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: R-B3F-14
溢水源	: RSW (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (794/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (795/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
防止			燃料取替エリア放射線モニタ					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度				
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (796/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (797/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
						防止	ドライウエル水位			
						防止	ドライウエル温度			
						防止	ドライウエル圧力			
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
緩和						ドライウエル水位				
緩和						ドライウエル温度				
○	○	○	○	緩和	ドライウエル圧力					
				緩和	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器		○		
					防止	ドライウエル圧力				
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
					防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力		○		
					防止	ドライウエル温度				
	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (798/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
	○		防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
	○		緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (799/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (800/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (801/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (802/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: RW-1F-2-4
溢水源	: HWH
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (803/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	残留熱除去系 (低圧注水モード)	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
残留熱除去系 (低圧注水モード)	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (804/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
			防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○	防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (805/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (806/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
						緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和					原子炉格納容器下部水位					
	緩和					ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
					防止	ドライウエル圧力					
○		○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	主要パラメータの他の検出器						
○		○	○	防止	サブプレッションプール水温度						
				防止	圧力抑制室圧力						
○		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
				防止	ドライウエル温度						
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (807/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止				主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (808/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (809/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定		
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）						
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量						
				防止	原子炉格納容器下部注水流量						
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力						
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力						
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力						
				防止	復水移送ポンプ出口圧力						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA燃料域）						
				防止	主要パラメータの他チャンネル						
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量						
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)					
		緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和				ドライウェル圧力					
		緩和				圧力抑制室圧力					
			使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○		○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○		○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）	○		○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール監視カメラ										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○		
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○		

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (810/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (811/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-3F-3
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○		
				防止	なし					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				防止	(貯留堰)					
防止			(取水口)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (812/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (813/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (814/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (815/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブレーションプール水温度				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			緩和	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	○	○	防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
○	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (816/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
防止	起動領域モニタ								
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (817/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (818/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (819/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (820/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-3F-4
溢水源	: 衛生
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (821/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
溶融炉心の落下遅延・防止	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (822/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (823/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					○	防止	原子炉圧力		
				防止		原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力							
○	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	防止	復水貯蔵タンク水位							
	防止	原子炉水位（広帯域）							
	防止	原子炉水位（燃料域）							
	防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
	防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
○	緩和	圧力抑制室水位							
	緩和	原子炉水位（広帯域）							
	緩和	原子炉水位（燃料域）							
	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (824/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
			防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (825/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (826/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (827/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (828/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (829/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-2F-3
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
				防止	(海水ポンプ室)				
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (830/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	残留熱除去系（低圧注水モード）	○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）				
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
残留熱除去系（低圧注水モード）	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (831/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (832/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (833/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉格納容器下部水位					
			防止	ドライウエル水位					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
○	○	防止	ドライウエル圧力						
		防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (834/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (835/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (836/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定									
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定								
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）												
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉格納容器下部注水流量												
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				防止	復水移送ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉水位（広帯域）												
				防止	原子炉水位（燃料域）												
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）												
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）												
				防止	主要パラメータの他チャンネル												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				緩和	緩和	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○				
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)							
		緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)														
		緩和	ドライウェル圧力														
		緩和	圧力抑制室圧力														
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
					防止	使用済燃料プール監視カメラ											
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
	防止				使用済燃料プール監視カメラ												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	防止				使用済燃料プール監視カメラ												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）															
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）															
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (837/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (838/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-2F-6
溢水源	: 衛生
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	×		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	非常用取水設備	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
防止			(取水口)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)						
		緩和	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (839/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
		防止	(海水ポンプ室)					
		防止	(海水ポンプ室)					
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))			
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))			
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)					
		防止	(取水路)					
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			○
	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし			○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)			
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)			
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))			
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系			
				緩和	高圧炉心スプレイ系			
				緩和	原子炉保護系			
				緩和	制御棒			
				緩和	制御棒駆動機構			
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット			
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系					
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし			○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし			
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)			
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (840/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (841/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		復水貯蔵タンク水位
	防止	原子炉水位（広帯域）							
防止	原子炉水位（燃料域）								
防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
○	○	緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (842/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○	防止	圧力抑制室内空気温度							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (843/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
	緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	緩和	復水貯蔵タンク水位						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
		防止		格納容器内雰囲気水素濃度				
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
		緩和		格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
		○		防止	平均出力領域モニタ			
		○		防止	起動領域モニタ			
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
○		防止		圧力抑制室内空気温度				
○		緩和		サブプレッションプール水温度				
○		緩和		圧力抑制室水位				
○		緩和		原子炉水位（広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（燃料域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 広帯域）				
○		緩和		原子炉水位（SA 燃料域）				
○		緩和		原子炉圧力容器温度				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
○		緩和		ドライウエル水位				
○		緩和		ドライウエル温度				
○	緩和	ドライウエル圧力						
○	緩和	圧力抑制室圧力						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (844/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (845/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (846/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
	減圧	○	○	—	—			
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
	格納容器除熱	○	○	—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (847/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-2F-7
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(848/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））						
原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (849/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (850/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (851/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
防止	主要パラメータの他の検出器								
防止	ドライウエル圧力								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○		防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (852/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (853/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (854/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (855/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (856/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-2F-8
溢水源	: 衛生
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
防止			(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(857/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	（格納容器内雰囲気水素濃度）							
		緩和	（格納容器内雰囲気酸素濃度）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (858/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (859/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (860/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
	防止		原子炉水位（広帯域）						
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	圧力抑制室圧力				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
		○		緩和	圧力抑制室圧力				
	緩和		復水貯蔵タンク水位						
	緩和		原子炉格納容器下部水位						
	緩和		ドライウエル水位						
	緩和		ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
	○		防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (861/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉圧力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (862/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)							
	○	防止	原子炉圧力容器温度							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○			防止	ドライウエル圧力						
○			防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (863/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和				
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
		緩和	緩和	ドライウェル圧力									
		緩和	緩和	圧力抑制室圧力									
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止							
					防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (864/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (865/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-1F-1
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)							
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)					
				防止	(取水路)					
				防止	(海水ポンプ室)					
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(866/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
		○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）によるサブプレッション チェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール 水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
		○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
		○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
		○		緩和	原子炉保護系				
		○		緩和	制御棒				
		○		緩和	制御棒駆動機構				
		○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
		○		緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）				
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (867/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
防止			燃料交換フロア放射線モニタ								
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）								
		防止	（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (868/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
	緩和	原子炉水位（燃料域）						
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (869/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力					
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度						
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (870/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (871/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (873/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (874/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-1F-2
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系				
				防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (875/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (876/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和		なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
		○		防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (877/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (878/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
防止				ドライウエル温度				
防止				ドライウエル圧力				
○		緩和		原子炉格納容器下部水位				
		緩和		ドライウエル水位				
	緩和	ドライウエル温度						
	緩和	ドライウエル圧力						
	緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	防止		圧力抑制室圧力					
	防止		主要パラメータの他の検出器					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	防止		主要パラメータの他の検出器					
	緩和		圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	圧力抑制室圧力				
	防止		ドライウエル温度					
	防止		ドライウエル圧力					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室内空気温度				
			防止	圧力抑制室圧力				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (879/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (880/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (881/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (882/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (883/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-1F-3
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (884/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (885/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）				
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○	
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (886/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (887/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
○		○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○		○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (888/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (889/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○	防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (890/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)						
		緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)												
		緩和	ドライウェル圧力												
		緩和	圧力抑制室圧力												
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
					防止	使用済燃料プール監視カメラ									
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	防止				使用済燃料プール監視カメラ										
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止				使用済燃料プール監視カメラ										
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）													
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）													
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (891/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (892/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-1F-4
溢水源	: 衛生
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (893/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (894/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (895/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (896/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止				原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
					防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
						防止	ドライウエル水位			
						防止	ドライウエル温度			
						防止	ドライウエル圧力			
						防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
						緩和	ドライウエル水位			
						緩和	ドライウエル温度			
						緩和	ドライウエル圧力			
						緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位									
緩和	ドライウエル水位									
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器		○		
					防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
					防止	サブプレッションプール水温度				
	○	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			
						防止	主要パラメータの他の検出器			
						防止	圧力抑制室内空気温度			
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力		○		
					防止	ドライウエル温度				
	○	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力			
						防止	圧力抑制室内空気温度			

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (897/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (898/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	ドライウエル圧力						
		○		防止	圧力抑制室圧力						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)						
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度						○
		○		防止	サブプレッションプール水温度						
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量						
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量							
		○	防止	圧力抑制室水位							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		○		防止	原子炉圧力容器温度						
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル						
		○		防止	原子炉圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○			
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)							
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○			
	○		防止	主要パラメータの他の検出器							
	○		防止	ドライウエル圧力							
	○		防止	圧力抑制室圧力							
	○		防止	ドライウエル温度							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○			
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
	○		防止	原子炉圧力							
	○		防止	原子炉圧力 (SA)							
		○	防止	原子炉圧力							
		○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (899/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
	緩和	ドライウェル圧力											
	緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
					防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止					使用済燃料プール監視カメラ								
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止					使用済燃料プール監視カメラ								
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし			○					
				防止	各計器			○					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (900/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (901/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-MBIF-1
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (902/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (903/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
	原子炉圧力容器内の圧力	○		防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	原子炉圧力（SA）				
防止			原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	原子炉圧力容器温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (904/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (905/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
					防止	原子炉水位（燃料域）				
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位				
					防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止				原子炉水位（燃料域）					
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
				防止	原子炉格納容器下部水位					
				防止	ドライウエル水位					
				防止	ドライウエル温度					
				防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
					防止	ドライウエル水位				
					防止	ドライウエル温度				
					防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和					ドライウエル水位					
緩和					ドライウエル温度					
○	○	○	緩和	ドライウエル圧力						
			緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
				防止	圧力抑制室圧力					
				防止	主要パラメータの他の検出器					
				防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
				防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (906/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
防止	起動領域モニタ							
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (907/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (908/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (909/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
	減圧	○	○	—	—			
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
	格納容器除熱	○	○	—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (910/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-2
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
				防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (911/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (912/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				緩和	なし				
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
防止			燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ						
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
	水の供給	○		防止	（復水貯蔵タンク）				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (913/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (914/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和				ドライウエル水位					
緩和				ドライウエル温度					
○	○	緩和	ドライウエル圧力						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (915/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	○	○	緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
			緩和	復水貯蔵タンク水位				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
緩和			格納容器内水素濃度 (S/C)					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
		防止	平均出力領域モニタ					
		防止	起動領域モニタ					
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	圧力抑制室内空気温度			
		○		緩和	サブプレッションプール水温度			
				緩和	圧力抑制室水位			
		○		緩和	原子炉水位（広帯域）			
				緩和	原子炉水位（燃料域）			
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）			
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）			
				緩和	原子炉圧力容器温度			
				緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (916/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (917/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力						
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力						
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし											
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (918/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (919/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-3
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)							
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ							
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
インターフェイスシステム L O C A 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)					
				防止	(取水路)					
				防止	(海水ポンプ室)					
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(920/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却 モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 （原子炉停止時冷却モード））					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 （高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を 含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の 冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の 冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) に よる原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 （格納容器スプレイ冷却モード））					
	残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード）によるサブプレッショ ンチェンバブル水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションブル 水冷却モード））					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）							
		防止	（取水口）							
		防止	（取水路）							
		防止	（海水ポンプ室）							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ) による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 （原子炉補機冷却海水系を含む。））							
		緩和	なし							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系に よる原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (921/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○		
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系					
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし					
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
防止			燃料取替エリア放射線モニタ							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）							
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）									
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし			○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）					
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）							
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (922/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (923/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
緩和						ドライウエル水位					
緩和						ドライウエル温度					
○	○	○	○	緩和	ドライウエル圧力						
				緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の注水量	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
						防止	圧力抑制室圧力				
						防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (924/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (925/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (926/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定							
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定						
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）										
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
				防止	原子炉格納容器下部注水流量										
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力										
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力										
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力										
				防止	復水移送ポンプ出口圧力										
				防止	原子炉水位（広帯域）										
				防止	原子炉水位（燃料域）										
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）										
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
				防止	主要パラメータの他チャンネル										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力										
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力										
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力										
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置						
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル		
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)		
		緩和	緩和	○				○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)					
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力					
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力					
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）						
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし										
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (927/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
62	必要な情報の把握	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
62	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				緩和	なし			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
	減圧	○	○	—	—			
燃料冷却	低圧注水	○	○	—	—			○
	格納容器除熱	○	○	—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (928/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-4
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (929/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
	制御棒	○		緩和	制御棒				
	制御棒駆動機構	○		緩和	制御棒駆動機構				
	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	残留熱除去系 (低圧注水モード)	○		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
残留熱除去系 (低圧注水モード)	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度				
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (930/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度					
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (931/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (932/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	緩和			ドライウエル温度					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
防止				ドライウエル圧力					
○		○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○		○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (933/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (934/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (935/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (936/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
未臨界移行	発電所内の通信連絡	○	○	防止	電力保安通信用電話設備			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				緩和	なし			
燃料冷却	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
				—	—			
格納容器除熱	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (937/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-8
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
防止			原子炉保護系						
防止			制御棒						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
非常用取水設備	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (938/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (939/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (940/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (941/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○		防止	圧力抑制室水位			
	防止		原子炉水位（広帯域）					
	防止		原子炉水位（燃料域）					
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	緩和		ドライウエル温度					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
防止				ドライウエル圧力				
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
	○		防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (942/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
	○	○	緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
			緩和	復水貯蔵タンク水位				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
緩和				格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (943/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (944/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○				
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (945/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		防止	送受話器 (ページング)					
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (946/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B1F-9
溢水源	: 衛生
溢水量(m ³)	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○		
				防止	なし					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(取水路)							
		緩和	(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(947/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
		緩和		(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	防止	なし						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (948/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	（軽油タンク）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (949/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (950/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
防止				圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (951/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (952/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウエル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (953/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイレイン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイレイン系ポンプ出口圧力								
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和				
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
		緩和	緩和	ドライウェル圧力									
		緩和	緩和	圧力抑制室圧力									
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止							
					防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (954/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低圧注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (955/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-MB2F-1
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (956/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定				
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○			
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)							
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)							
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)									
		防止	(取水口)									
		防止	(取水路)									
		防止	(海水ポンプ室)									
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード)							
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)									
		防止	(取水口)									
		防止	(取水路)									
		防止	(海水ポンプ室)									
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○			
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		防止	なし									
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○			
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし							
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし							
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系							
				緩和	高圧炉心スプレイ系							
	52	(原子炉格納容器調気系)		○	○	緩和	なし					○
		可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化		○		緩和	なし					
		原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
緩和			格納容器内雰囲気水素濃度									
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和			(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (957/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (958/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位（広帯域）			
					防止	原子炉水位（燃料域）			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○		
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	圧力抑制室水位					
○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (959/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
○	○	防止	圧力抑制室圧力					
		防止	ドライウエル温度					
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	ドライウエル圧力					
	○	防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (960/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (961/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (962/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
		緩和	緩和	○				○	緩和	ドライウェル圧力						
		緩和	緩和	○				○	緩和	圧力抑制室圧力						
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし											
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器											

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (963/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—			
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—			○
	減圧	○	○	—	—			
	低压注水	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
		○	○	—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (964/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-1
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)				○	
			防止	なし					
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
			防止	低圧炉心スプレイ系					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	防止	(低圧炉心スプレイ系)					
			防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却水系					
			防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(965/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の 排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (966/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
		○		防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
燃料補給設備	○	○	防止	（軽油タンク）						
			防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
			防止	（軽油タンク）						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○		
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (967/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				○	防止	原子炉水位（広帯域）						
					防止	原子炉水位（燃料域）						
					防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量						
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量						
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量						
					防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量						
					防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量						
					原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位		
				防止					原子炉水位（広帯域）			
	防止	原子炉水位（燃料域）										
防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
○	○	防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
		防止	原子炉水位（燃料域）									
○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
		防止	復水貯蔵タンク水位									
		防止	原子炉水位（広帯域）									
○	○	緩和	圧力抑制室水位									
		緩和	原子炉水位（広帯域）									
		緩和	原子炉水位（燃料域）									
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）									
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (968/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和			原子炉格納容器下部水位				
	緩和			ドライウエル水位				
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			
				防止	ドライウエル圧力			
○		○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
○		○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (969/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (970/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
	○		防止	原子炉圧力容器温度						
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (971/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)										
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					使用済燃料プール監視カメラ							
防止					使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	なし							
				防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (972/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
				緩和	なし			
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				*2	放射能観測車の代替測定			
				*2	気象観測設備の代替測定			
				*2	放射線量の測定			
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング			
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
				防止	非常用交流電源設備			
				防止	非常用所内電気設備			
				緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	必要情報の把握	○	○	緩和	なし			○
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
				防止	電力保安通信用電話設備			
				緩和	なし			
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	—	—			○
				—	—			
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	ほう酸水注入系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	高圧代替注水	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	減圧	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	低圧注水	○	○	—	—			○
				—	—			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—			○
				—	—			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—			○
				—	—			

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (973/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-2
溢水源	: FP
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (974/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定			
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定				
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○			
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))							
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))							
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))							
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)							
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)									
		防止	(取水口)									
		防止	(取水路)									
		防止	(海水ポンプ室)									
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○			
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))							
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))							
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)									
		防止	(取水口)									
		防止	(取水路)									
		防止	(海水ポンプ室)									
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○			
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		防止	なし									
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○			
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし							
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし							
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)							
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系							
				緩和	高圧炉心スプレイ系							
	52	(原子炉格納容器調気系)		○	○	緩和	なし					○
		可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化		○		緩和	なし					
		原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
						緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視		○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
緩和			格納容器内雰囲気水素濃度									
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (975/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし				
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ						
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）								
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし						
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
		防止		（復水貯蔵タンク）							
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
		防止		（非常用所内電気設備）							
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○			
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (976/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (977/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (978/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (979/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	ドライウエル温度				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (980/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定									
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定								
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○									
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）												
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	原子炉格納容器下部注水流量												
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力												
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力												
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				防止	復水移送ポンプ出口圧力												
				防止	原子炉水位（広帯域）												
				防止	原子炉水位（燃料域）												
				防止	原子炉水位（SA広帯域）												
				防止	原子炉水位（SA燃料域）												
				防止	主要パラメータの他チャンネル												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量												
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力												
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力												
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力												
				緩和	緩和	○	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			○				
									緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○		緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			○
									緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)							
		緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)														
		緩和	ドライウェル圧力														
		緩和	圧力抑制室圧力														
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			○				
					防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
					防止	使用済燃料プール監視カメラ											
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
	防止				使用済燃料プール監視カメラ												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
	防止				使用済燃料プール監視カメラ												
	防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）												
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）															
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）															
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (981/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)			
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (982/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-3
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量 (m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (983/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉格納容器調気系							
		緩和	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化							
52	○	緩和	なし							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (984/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (985/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
緩和			原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (986/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
				防止	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
	緩和		原子炉格納容器下部水位					
	緩和		ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	ドライウエル圧力			
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		サブプレッションプール水温度						
防止		圧力抑制室圧力						
防止		主要パラメータの他の検出器						
防止		圧力抑制室内空気温度						
○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○	
			防止	ドライウエル温度				
	防止		ドライウエル圧力					
○	○	防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (987/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
					緩和	主要パラメータの他チャンネル			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	主要パラメータの他チャンネル				
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	平均出力領域モニタ				
				防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (988/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (989/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力					
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力					
				防止	復水移送ポンプ出口圧力					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
				防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量					
		防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
		防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
		防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
			原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
			原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
						緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
						緩和	ドライウェル圧力			
						緩和	圧力抑制室圧力			
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
		○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	使用済燃料プール監視カメラ					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
		○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）					
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし					
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (990/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
				緩和	なし				
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト				○
				*2	放射能観測車の代替測定				
				*2	気象観測設備の代替測定				
				*2	放射線量の測定				
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング				
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
				防止	非常用交流電源設備				
				防止	非常用所内電気設備				
				緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器 (ページング)				
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—				
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	—	—				○
	減圧	○	○	—	—				
	低压注水	○	○	—	—				
使用済燃料プール注水	代替循環冷却系	○	○	—	—				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				○
		○	○	—	—				

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (991/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-4
溢水源	: MSC
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系)				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (992/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の不活性化	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (993/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (994/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
	緩和	原子炉水位（燃料域）						
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (995/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	圧力抑制室水位			
	防止			原子炉水位（広帯域）				
	防止			原子炉水位（燃料域）				
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）				
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
				緩和	圧力抑制室圧力			
		○		緩和	復水貯蔵タンク水位			
緩和	原子炉格納容器下部水位							
緩和	ドライウエル水位							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○		防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○		防止	主要パラメータの他の検出器				
			緩和	圧力抑制室内空気温度				
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○		防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (996/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (997/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○	防止	ドライウエル温度							
	○	防止	原子炉圧力					○		
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							
	○	防止	原子炉圧力 (SA)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (998/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力								
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置				
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	緩和				
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
		緩和	緩和	ドライウェル圧力									
		緩和	緩和	圧力抑制室圧力									
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	防止							
					防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	防止	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
	防止	防止	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし								
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (999/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
				緩和	なし				
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト				○
				*2	放射能観測車の代替測定				
				*2	気象観測設備の代替測定				
				*2	放射線量の測定				
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング				
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
				防止	非常用交流電源設備				
				防止	非常用所内電気設備				
				緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
燃料冷却	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
格納容器除熱	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
使用済燃料プール注水	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器 (ページング)				
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○	○	-	-				
格納容器除熱	高压代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○	○	-	-				
	低压注水	○	○	-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1000/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: C-B2F-6
溢水源	: 25A 以下の配管
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)							
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ							
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
ブローアウトパネル	○	防止	なし							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
非常用取水設備	○	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1001/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1002/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1003/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）（1004/1089）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
						防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
						緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和					原子炉格納容器下部水位					
	緩和					ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
					防止	ドライウエル圧力					
○		○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	主要パラメータの他の検出器						
○		○	○	防止	サブプレッションプール水温度						
				防止	圧力抑制室圧力						
○		○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
				防止	ドライウエル温度						
	○	○	○	防止	ドライウエル圧力						
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1005/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
			緩和	ドライウエル圧力				
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1006/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1007/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定					
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定				
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			○					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）								
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	原子炉格納容器下部注水流量								
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力								
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力								
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				防止	復水移送ポンプ出口圧力								
				防止	原子炉水位（広帯域）								
				防止	原子炉水位（燃料域）								
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）								
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
				防止	主要パラメータの他チャンネル								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量								
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力								
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力								
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力								
				緩和	主要パラメータの他チャンネル								
				緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置								
				原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和		主要パラメータの他チャンネル				○
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)											
	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
	緩和	ドライウェル圧力											
	緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				○				
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）									
防止				使用済燃料プール監視カメラ									
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）									
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）												
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）												
発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし				○					
温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器				○					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1008/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
				緩和	なし				
60	被ばく線量の低減	○	○	*2	モニタリングポスト				○
				*2	放射能観測車の代替測定				
				*2	気象観測設備の代替測定				
				*2	放射線量の測定				
				*2	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング				
				*2	モニタリングポストの代替交流電源からの給電				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
				防止	非常用交流電源設備				
				防止	非常用所内電気設備				
				緩和	なし				
				防止	送受話器 (ページング)				
62	電源の確保 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
燃料冷却	必要な情報の把握	○	○	緩和	なし				○
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
格納容器除熱	通信連絡 (緊急時対策所)	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
使用済燃料プール注水	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
				防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	発電所外の通信連絡	○	○	緩和	なし				○
				緩和	なし				
燃料冷却	HCU スクラム	○	○	—	—				○
	ほう酸水注入系	○	○	—	—				
	減圧	○	○	—	—				
格納容器除熱	低圧注水	○	○	—	—				○
	代替循環冷却系	○	○	—	—				
使用済燃料プール注水	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○	○	—	—				○
	大容量送水ポンプでの注水	○	○	—	—				

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1009/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: CST-1
溢水源	: MWC
溢水量(m ³)	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)							
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
防止	なし									
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○		
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低 圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(可搬型)による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却 モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)					
防止			(取水路)							
防止			(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系(常設)(復水移送 ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
低圧代替注水系(可搬型)による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1010/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)									
緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1011/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○	防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1012/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1013/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1014/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1015/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1016/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1017/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)					
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1018/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: CST-2
溢水源	: MWC
溢水量(m ³)	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○	
				防止	なし				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイ系)				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却水系						
		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1019/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	—	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1020/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレー系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレー	○	○	緩和	なし						
				緩和	なし						
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレー	○	○	緩和	なし						
				緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
防止				燃料交換フロア放射線モニタ							
防止				燃料取替エリア放射線モニタ							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止		原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
		防止		残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
防止	（燃料プール冷却浄化系）										
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○		○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○			緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和		なし						
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○		
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）						
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度									
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル							
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1021/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	原子炉圧力容器内の圧力 (続き)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	原子炉圧力容器温度					
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量)					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量)					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量					
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力 (SA)					
				防止	圧力抑制室圧力					
				○	防止	原子炉水位 (広帯域)				
					防止	原子炉水位 (燃料域)				
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量)				
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量)				
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
					防止	原子炉圧力				
					防止	原子炉圧力 (SA)				
	防止	圧力抑制室圧力								
	原子炉圧力容器への注水量	○	○		防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位 (広帯域)					
				防止	原子炉水位 (燃料域)					
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
防止				原子炉水位 (広帯域)						
防止				原子炉水位 (燃料域)						
防止				原子炉水位 (SA 広帯域)						
○		○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)						
			防止	復水貯蔵タンク水位						
			防止	原子炉水位 (広帯域)						
			防止	原子炉水位 (燃料域)						
○		○	緩和	圧力抑制室水位						
			緩和	原子炉水位 (広帯域)						
			緩和	原子炉水位 (燃料域)						
			緩和	原子炉水位 (SA 広帯域)						
			緩和	原子炉水位 (SA 燃料域)						
			緩和	原子炉水位 (SA 燃料域)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1022/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1023/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
		防止	圧力抑制室内空気温度						
		緩和	サブプレッションプール水温度						
		緩和	圧力抑制室水位						
		緩和	原子炉水位（広帯域）						
		緩和	原子炉水位（燃料域）						
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）						
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）						
		緩和	原子炉压力容器温度						
		緩和	原子炉格納容器下部水位						
		緩和	ドライウエル水位						
		緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1024/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力 (SA)				○		
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1025/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1026/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1027/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: LOT-1
溢水源	: DGDO (A)
溢水量 (m ³)	: —
	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
		防止	原子炉保護系							
		防止	制御棒							
出力急上昇の防止	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系				○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	防止	(高圧炉心スプレイ系)							
		防止	原子炉隔離時冷却系							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	自動減圧系					
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	非常用直流電源設備							
ブローアウトパネル	○	防止	125V 蓄電池 2A							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	125V 蓄電池 2B				○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
				防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	なし					
防止			(HPCS 注入隔離弁)							
非常用取水設備	○	防止	なし							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	(海水ポンプ室)							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1028/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
52	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1029/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）						
		防止	（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	×	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉压力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1030/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1031/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	○	○	防止	圧力抑制室水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						緩和	原子炉格納容器下部水位				
	緩和					ドライウエル水位					
	緩和					ドライウエル温度					
	緩和					ドライウエル圧力					
	○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力					
緩和					復水貯蔵タンク水位						
緩和					原子炉格納容器下部水位						
緩和					ドライウエル水位						
緩和					ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
					防止	ドライウエル圧力					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	サブプレッションプール水温度					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
						防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
					緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力			○		
					防止	ドライウエル温度					
	○	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力				
					防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1032/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量						
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量						
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量						
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）						
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）						
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量						
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量						
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量						
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)								
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	平均出力領域モニタ						
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
			防止	圧力抑制室内空気温度						
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
緩和	ドライウエル圧力									
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1033/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1034/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1035/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)							
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1036/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: LOT-2
溢水源	: DGDO (B)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1037/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1038/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）				
防止				（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○	防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	×	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1039/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高压代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
							防止		直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
							防止		代替循環冷却ポンプ出口流量			
							防止		原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
							防止		高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系ポンプ出口流量			
							防止		低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
							防止		原子炉圧力			
							防止		原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	復水貯蔵タンク水位							
防止				原子炉水位（広帯域）								
防止				原子炉水位（燃料域）								
防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
防止				復水貯蔵タンク水位								
防止				原子炉水位（広帯域）								
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位			○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1040/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
	防止		原子炉水位（燃料域）						
	防止		原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止		原子炉水位（SA 燃料域）						
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度						
	緩和		ドライウエル圧力						
	緩和		圧力抑制室圧力						
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
緩和		ドライウエル温度							
緩和		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
			防止	ドライウエル圧力					
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
	防止		主要パラメータの他の検出器						
	緩和		圧力抑制室内空気温度						
○	○	防止	圧力抑制室圧力				○		
		防止	ドライウエル温度						
原子炉格納容器内の圧力	○	防止	ドライウエル圧力				○		
	○	防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1041/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	○	○	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
			緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)				
原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1042/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1043/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1044/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1045/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: LOT-3
溢水源	: DGDO (H)
溢水量(m ³)	: —
総合判定	○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
				防止	原子炉保護系				
	ほう酸水注入	○		防止	制御棒				
防止	制御棒駆動機構								
防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット								
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	(高圧炉心スプレイ系)				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
防止	制御棒								
防止	制御棒駆動機構								
防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット								
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	非常用直流電源設備				
				防止	125V 蓄電池 2A				
	防止	125V 蓄電池 2B							
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ								
防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ								
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(取水口)				
				防止	(取水路)				
防止			(海水ポンプ室)						
非常用取水設備	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
緩和	低圧炉心スプレイ系								
緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)								
緩和	低圧炉心スプレイ系								
緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)								
緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)								
緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)								
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
緩和	低圧炉心スプレイ系								
緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)								
緩和	低圧炉心スプレイ系								
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)								
緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)								
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)						
緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1046/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1047/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし					
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）					
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度					
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ					
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ					
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○	
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○	
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○	防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○	
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	○		○	防止	非常用所内電気設備				
					防止	（非常用所内電気設備）				
					防止	（非常用交流電源設備）				
非常用交流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
非常用直流電源設備	○	防止	（軽油タンク）							
燃料補給設備	×	防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ									
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度								
	原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	原子炉圧力（SA）					
防止				原子炉水位（広帯域）						
防止	原子炉水位（燃料域）									
防止	原子炉水位（SA 広帯域）									
防止	原子炉水位（SA 燃料域）									
防止	原子炉圧力容器温度									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1048/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1049/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
緩和	原子炉格納容器下部水位								
緩和	ドライウエル水位								
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	ドライウエル圧力					
	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和	圧力抑制室圧力						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1050/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
			緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉压力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1051/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1052/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1053/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1054/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: K-1F-6
溢水源	: TSCDO
溢水量(m ³)	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動機構						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1055/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	溶解炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1056/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）								
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
防止	原子炉水位（SA 燃料域）										
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1057/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	圧力抑制室圧力				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
	防止	圧力抑制室圧力							
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○	
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
	○	○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	○	○	緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
緩和			原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1058/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定			
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○		
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
					防止	原子炉水位（広帯域）					
					防止	原子炉水位（燃料域）					
					防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
					防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
		○	○	○	防止	圧力抑制室水位					
	防止				原子炉水位（広帯域）						
	防止				原子炉水位（燃料域）						
	防止				原子炉水位（SA 広帯域）						
	防止				原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位					
					防止	原子炉格納容器下部水位					
					防止	ドライウエル水位					
					防止	ドライウエル温度					
					防止	ドライウエル圧力					
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						防止	原子炉格納容器下部水位				
						防止	ドライウエル水位				
						防止	ドライウエル温度				
						防止	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
						緩和	原子炉格納容器下部水位				
						緩和	ドライウエル水位				
						緩和	ドライウエル温度				
						緩和	ドライウエル圧力				
		○	○	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
緩和	復水貯蔵タンク水位										
緩和	原子炉格納容器下部水位										
緩和	ドライウエル水位										
原子炉格納容器内の温度	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器						
				防止	ドライウエル圧力						
	○	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
					防止	主要パラメータの他の検出器					
	○	○	○	○	防止	サブプレッションプール水温度					
					防止	圧力抑制室圧力					
	○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
					防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
				緩和	主要パラメータの他チャンネル						
原子炉格納容器内の圧力	○	○	○	防止	圧力抑制室圧力						
				防止	ドライウエル温度						
	○	○	○	○	防止	ドライウエル圧力					
				防止	圧力抑制室内空気温度						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1059/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	○	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
	○	○	緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1060/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウェル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
○	防止	原子炉水位 (広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (燃料域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	防止	主要パラメータの他の検出器					○		
	○	防止	ドライウェル圧力							
	○	防止	圧力抑制室圧力							
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
		○	防止	原子炉圧力						
		○	防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1061/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1062/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1063/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: K-1F-13
溢水源	: TSCDO
溢水量(m ³)	: —
	○

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動機構							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ					
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ							
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○		
				防止	なし					
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))					
				防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				防止	(貯留堰)					
非常用取水設備	○	防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1064/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (サブプレッションプール水冷却モード))					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系 (低圧注水モード)							
	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
				緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1065/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1066/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
	○	○	防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
	○	○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
緩和	原子炉水位（SA 広帯域）							
緩和	原子炉水位（SA 燃料域）							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1067/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1068/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○		緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)						
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
○		防止		主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
	○		防止	平均出力領域モニタ				
			防止	起動領域モニタ				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
	○		防止	圧力抑制室内空気温度				
			緩和	サブプレッションプール水温度				
	○		緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
	緩和		ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1069/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○			防止	格納容器内水素濃度(D/W)				
		○			防止	格納容器内水素濃度(S/C)				
		○			防止	主要パラメータの他チャンネル				○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○		防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量					
		○		防止	圧力抑制室水位					
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1070/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			○
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ (D/W)				
緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ (S/C)											
緩和	ドライウェル圧力											
緩和	圧力抑制室圧力											
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし			○				
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器			○				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1071/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○
				防止	6-2D 母線電圧				
				防止	6-2H 母線電圧				
				防止	(6-2C 母線電圧)				
				防止	(6-2D 母線電圧)				
				防止	(6-2H 母線電圧)				
				防止	(4-2C 母線電圧)				
				防止	(4-2D 母線電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)				
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)				
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧				
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧				
				防止	(250V 直流主母線電圧)				
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)				
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○
				防止	(中央制御室遮蔽)				
				防止	(中央制御室換気空調系)				
				防止	送受話器 (ページング)				
				防止	電力保安通信用電話設備				
				*2	中央制御室照明				
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし				
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車				
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備				
	放射線量の測定	○		*2	なし				
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし				
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備				
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備				
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備				
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし				
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備				
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○
	ほう酸水注入系	○		-	-				
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○
	減圧	○		-	-				
	低圧注水	○		-	-				
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-				
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1072/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: K-1F-14
溢水源	: TSCDO
溢水量(m ³)	: —
総合判定	
○	

条文	重大事故等対処設備				設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○	
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○	
	原子炉再循環ポンプ停止による 原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
				防止	制御棒駆動機構					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系							
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○		
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(原子炉隔離時冷却系)					
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の 冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系					
				防止	(高圧炉心スプレイ系)					
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系					
				防止	原子炉保護系					
				防止	制御棒					
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット							
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○		
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし 安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による 主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ)					
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)					
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池に よる主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系					
				防止	非常用直流電源設備					
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による 窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A					
				防止	125V 蓄電池 2B					
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ					
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ)							
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉 減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用 アキュムレータ							
インターフェイスシステムLOCA 隔離弁	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用 アキュムレータ							
ブローアウトパネル	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)							
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)			○		
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低 圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	低圧代替注水系 (可搬型) による 原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))					
				防止	低圧炉心スプレイ系					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却 モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))					
				防止	(低圧炉心スプレイ系)					
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
				防止	(貯留堰)					
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)					
				防止	(取水路)					
防止			(海水ポンプ室)							
低圧代替注水系 (常設) (復水移送 ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
低圧代替注水系 (可搬型) による 残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
代替循環冷却系による残存溶融炉心の 冷却	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1073/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	なし					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
				緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）					
緩和			低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	なし							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1074/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
				緩和	なし				
				緩和	なし				
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	燃料貯蔵プール水位				
				防止	燃料貯蔵プール水温度				
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）				
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度				
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ				
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ				
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ				
防止				残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1075/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
○		○	防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
○		○	防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
○	○	緩和	原子炉水位（燃料域）					
		緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
		緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1076/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1077/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
			緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	主要パラメータの他チャンネル					
○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル						
		防止	平均出力領域モニタ						
		防止	起動領域モニタ						
○	○	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	圧力抑制室内空気温度				
		○		緩和	サブプレッションプール水温度				
				緩和	圧力抑制室水位				
		○		緩和	原子炉水位（広帯域）				
				緩和	原子炉水位（燃料域）				
				緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
				緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
				緩和	原子炉圧力容器温度				
				緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1078/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉水位 (広帯域)				○		
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
	○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1079/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
				防止	使用済燃料プール監視カメラ							
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール監視カメラ										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）										
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）										
	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）										
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1080/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1081/1089)

評価種別	: 被水
溢水発生区画	: K-1F-15
溢水源	: TSCDO
溢水量(m ³)	: —
	総合判定 ○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
				防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				
	ほう酸水注入	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
出力急上昇の防止	○	防止	自動減圧系						
45	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○	
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(原子炉隔離時冷却系)				
	高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○		防止	高圧炉心スプレイ系				
				防止	(高圧炉心スプレイ系)				
	ほう酸水注入系による進展抑制	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
				防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
防止			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
				防止	非常用直流電源設備				
	高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
				防止	125V 蓄電池 2B				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
防止			(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ						
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)						
ブローアウトパネル	○	防止	なし						
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○		防止	低圧炉心スプレイ系				
				防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系(低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))				
				防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
防止			(取水路)						
防止			(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
		緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))						

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1082/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)					
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	○		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
				緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
				緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
緩和			低圧炉心スプレイ系							
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）							
52	○	緩和	低圧炉心スプレイ系							
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
		緩和	なし							
		緩和	主要パラメータの他チャンネル							
		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)							
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度							
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	格納容器内雰囲気酸素濃度							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1083/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針Ⅰ/Ⅱ,Ⅲ判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○		
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし						
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○		
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）						
				防止	燃料プール冷却浄化系						
				燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系						
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし						
	大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし						
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位						
				防止	燃料貯蔵プール水温度						
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度						
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ						
防止			燃料取替エリア放射線モニタ								
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ								
		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）（燃料プール冷却浄化系）								
防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）										
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし				○			
	航空機燃料火災への泡消火	○	緩和	なし							
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	なし							
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○			
				防止	（復水貯蔵タンク）						
	水の供給	○		防止	なし						
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○			
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備						
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備						
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備						
				防止	（非常用所内電気設備）						
				非常用交流電源設備	○	防止	（非常用交流電源設備）				
	非常用直流電源設備	○		防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）								
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ								
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○			
				防止	原子炉圧力						
				防止	原子炉圧力（SA）						
				防止	原子炉水位（広帯域）						
				防止	原子炉水位（燃料域）						
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
				防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
			防止	原子炉圧力（SA）							
			防止	原子炉水位（広帯域）							
			防止	原子炉水位（燃料域）							
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度										

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1084/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	原子炉圧力容器温度			
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力						
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
防止				原子炉水位（広帯域）				
防止				原子炉水位（燃料域）				
○		○	防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	復水貯蔵タンク水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
○		○	緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1085/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	○		防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	緩和	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
	○		防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1086/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○		
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量					
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量					
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				防止	原子炉格納容器下部注水流量					
				防止	復水貯蔵タンク水位					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○
					防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
	○		○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度					
	○		○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)					
	緩和	格納容器内水素濃度(S/C)								
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
				防止	平均出力領域モニタ					
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○	
				防止	圧力抑制室内空気温度					
○		○	緩和	サブプレッションプール水温度						
			緩和	圧力抑制室水位						
○		○	緩和	原子炉水位（広帯域）						
			緩和	原子炉水位（燃料域）						
			緩和	原子炉水位（SA広帯域）						
			緩和	原子炉水位（SA燃料域）						
			緩和	原子炉圧力容器温度						
			緩和	原子炉格納容器下部水位						
			緩和	ドライウエル水位						
			緩和	ドライウエル温度						
			緩和	ドライウエル圧力						
緩和	圧力抑制室圧力									

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1087/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	○		防止	格納容器内水素濃度(D/W)					
		○		防止	格納容器内水素濃度(S/C)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		防止	原子炉圧力容器温度					○
		○		防止	サブプレッションプール水温度					
		○		防止	残留熱除去系熱交換器入口温度					
		○		防止	原子炉補機冷却水系系統流量					
		○	防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量						
		○	防止	圧力抑制室水位						
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力				○	
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉水位 (広帯域)						
	○		防止	原子炉水位 (燃料域)						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○	○	防止	原子炉圧力容器温度				○		
	○		防止	主要パラメータの他の検出器						
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
	○		防止	ドライウエル温度						
	○		防止	原子炉圧力						
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								
○	防止	原子炉圧力								
○	防止	原子炉圧力 (SA)								

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果（重大事故等対処設備）(1088/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口圧力							
					原子炉建屋内の水素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
								緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)			
				緩和	ドライウェル圧力							
				緩和	圧力抑制室圧力							
	使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）								
防止				使用済燃料プール監視カメラ								
防止				使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）								
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 3.3-1 想定破損により生じる溢水に対する被水影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1089/1089)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧				○	
				防止	6-2D 母線電圧					
				防止	6-2H 母線電圧					
				防止	(6-2C 母線電圧)					
				防止	(6-2D 母線電圧)					
				防止	(6-2H 母線電圧)					
				防止	(4-2C 母線電圧)					
				防止	(4-2D 母線電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)					
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)					
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧					
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧					
				防止	(250V 直流主母線電圧)					
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)					
防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)									
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力									
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)				○	
				防止	(中央制御室遮蔽)					
				防止	(中央制御室換気空調系)					
				防止	送受話器 (ページング)					
				防止	電力保安通信用電話設備					
				*2	中央制御室照明					
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし					
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車					
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備					
	放射線量の測定	○		*2	なし					
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし					
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備					
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト				○	
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備					
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備					
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし					
				防止	送受話器 (ページング)					
防止	電力保安通信用電話設備									
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)				○	
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備					
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-				○	
	ほう酸水注入系	○		-	-					
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-				○	
	減圧	○		-	-					
	低圧注水	○		-	-					
格納容器除熱	代替循環冷却系	○	○	-	-				○	
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-					
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-				○	

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

3.4 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では、地震起因による溢水からの被水影響として、地震により破損する機器（配管、容器等）を溢水源として考慮し、防護すべき設備（溢水防護対象設備）が被水影響によって要求される機能を損なうおそれがないことを確認する。

地震に起因する被水影響評価結果を表 3.4-1 に示す。

表 3.4-1 地震に起因する被水影響評価結果まとめ

評価種別	被水
溢水発生区画	全域（制御建屋，海水ポンプ室除く）
溢水源	基準地震動 S_s による地震力に対して耐震性が確保されていない系統
溢水量 (m^3)	-

総合判定	○
------	---

備考	
----	--

原子炉施設																	
安全機能機能判定	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能						原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	低温停止機能			
		水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	区分Ⅰ		区分Ⅱ		区分Ⅲ		原子炉隔離時冷却系	原子炉高圧炉心スプレイ系					
自動減圧系	残留熱除去系				低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系			逃がし安全弁				
○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
系統機器	水圧制御ユニット	水圧制御ユニット	ほう酸水注入系	自動減圧系	残留熱除去系	低圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	高圧炉心スプレイ系	自動減圧系	残留熱除去系	原子炉隔離時冷却系	原子炉高圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系	残留熱除去系	
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	C系	H系	H系	-	H系	-	A系	B系	
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

原子炉施設													使用済燃料プール			中央制御室		
安全機能機能判定	閉じ込め機能						監視機能			冷却機能			給水機能			中央制御室		
	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール残留熱除去系	燃料プール残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
○																		
系統機器	隔離弁機能	非常用ガス処理系	可燃性ガス濃度制御系	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系	燃料プール補給水系	燃料プール残留熱除去系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系	燃料プール補給水系
区分	A系	B系	A系	A系	A系	A系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系	B系
判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○

3.5 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では、想定破損により生じる溢水からの被水影響評価に関して、全ての区画における防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。なお、各区画の溢水源については、「3.4 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（溢水防護対象設備）」と同じとする。

重大事故等対処設備に対する被水影響評価は、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水評価について」“2.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”に記載する評価方針に則り評価を実施する。

防護すべき設備（重大事故等対処設備）の地震に起因する溢水による被水影響評価結果を表 3.5-1 に示す。

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (1/9)

評価種別：被水

溢水発生区画：全城

溢水源：基準地震動 Ss による地震力に対して耐震性が確保されていない系統

溢水量 (m³)：—

総合判定

○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
45	出力急上昇の防止	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	高圧代替注水系による原子炉の冷却	○		防止	自動減圧系				
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	○		防止	原子炉隔離時冷却系				
高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	○	防止	高圧炉心スプレイ系						
46	ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系)				○
				防止	原子炉隔離時冷却系				
	防止	原子炉保護系							
	防止	制御棒							
47	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット				○
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	非常用直流電源設備				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2A				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	125V 蓄電池 2B						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				○
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ				
				防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	(HPCS 注入隔離弁)				
				防止	なし				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱 (原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
非常用取水設備	○	防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))						
		防止	(低圧炉心スプレイ系)						
		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	防止	(貯留堰)						
		防止	(取水口)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (2/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○	
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード) による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード) によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	残留熱除去系 (サブプレッションプール冷却モード)					
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)							
		防止	(取水口)							
		防止	(取水路)							
		防止	(海水ポンプ室)							
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○	
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		防止	なし							
51	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	○	○	緩和	なし				○	
	原子炉格納容器下部注水系 (常設) (代替循環冷却ポンプ) による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし					
	原子炉格納容器下部注水系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)					
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)					
				緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))					
		○		緩和	原子炉隔離時冷却系					
				緩和	高圧炉心スプレイ系					
		○		緩和	原子炉保護系					
				緩和	制御棒					
				緩和	制御棒駆動機構					
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)							
		緩和	低圧炉心スプレイ系							
	×	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○	
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし					
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)					
				緩和	格納容器内水素濃度 (S/C)					
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度					
緩和			(格納容器内雰囲気水素濃度)							
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)							

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (3/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし			○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし			
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			○
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）			
				防止	燃料プール冷却浄化系			
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし			
				緩和	なし			
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位			
				防止	燃料貯蔵プール水温度			
				防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）			
				防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度			
				防止	燃料交換フロア放射線モニタ			
				防止	燃料取替エリア放射線モニタ			
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ					
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）					
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）					
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）					
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし			
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし			
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○
				防止	（復水貯蔵タンク）			
	水の供給	○		防止	なし			
57	常設代替交流電源設備による給電	○	○	防止	非常用交流電源設備			○
	可搬型代替交流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備			
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	可搬型代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備			
	代替所内電気設備による給電	○		防止	非常用所内電気設備			
				防止	（非常用所内電気設備）			
	非常用交流電源設備	○		防止	（非常用交流電源設備）			
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）					
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）					
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ					
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○
				防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力（SA）			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
			防止	原子炉圧力（SA）				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
防止	原子炉圧力容器温度							

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (4/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高圧代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
							防止		直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
							防止		代替循環冷却ポンプ出口流量			
							防止		原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
							防止		高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系ポンプ出口流量			
							防止		低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
							防止		原子炉圧力			
							防止		原子炉圧力（SA）			
	防止	圧力抑制室圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	復水貯蔵タンク水位							
防止				原子炉水位（広帯域）								
防止				原子炉水位（燃料域）								
防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
防止				復水貯蔵タンク水位								
防止				原子炉水位（広帯域）								
原子炉圧力容器への注水量	○	○	緩和	圧力抑制室水位			○					
			緩和	原子炉水位（広帯域）								
			緩和	原子炉水位（燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）								

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (5/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○	○	防止	圧力抑制室水位				
	防止			原子炉水位（広帯域）					
	防止			原子炉水位（燃料域）					
	防止			原子炉水位（SA 広帯域）					
	防止			原子炉水位（SA 燃料域）					
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○	○	防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
		○	○	緩和	復水貯蔵タンク水位				
	緩和			原子炉格納容器下部水位					
	緩和			ドライウエル水位					
	原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
				防止	ドライウエル圧力				
○		○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	主要パラメータの他の検出器					
○		○	防止	サブプレッションプール水温度					
			防止	圧力抑制室圧力					
○		○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル						
		緩和							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
	○	○	防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (6/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				防止	原子炉格納容器下部注水流量				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量					
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量					
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量					
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）					
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）					
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量					
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量					
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量					
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度				
				緩和	主要パラメータの他チャンネル				
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)				
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
			防止	平均出力領域モニタ					
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル					
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器					
			防止	圧力抑制室内空気温度					
	○	×	緩和	サブプレッションプール水温度					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位（広帯域）					
			緩和	原子炉水位（燃料域）					
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）					
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）					
			緩和	原子炉圧力容器温度					
			緩和	原子炉格納容器下部水位					
			緩和	ドライウエル水位					
			緩和	ドライウエル温度					
緩和	ドライウエル圧力								
緩和	圧力抑制室圧力								

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備）（7/9）

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	×			防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○			防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (8/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							

表 3.5-1 地震に起因する溢水による被水影響評価結果（重大事故等対処設備） (9/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
				防止	(高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力)			
防止	高圧窒素ガス供給系 ADS 入口圧力							
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
				防止	送受話器 (ページング)			
防止	電力保安通信用電話設備							
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	×	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

4.1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では想定破損により生じる溢水からの蒸気影響に対して各建屋に設置する防護すべき設備（溢水防護対象設備）に対する評価結果を示す。

防護すべき設備（溢水防護対象設備）を設置する建屋は以下の通り。

- ・ 原子炉建屋
- ・ 制御建屋
- ・ 海水ポンプ室
- ・ 復水貯蔵タンクエリア
- ・ 軽油タンクエリア
- ・ タービン建屋

各建屋の蒸気評価結果を表 4.1-1 に示す。

表 4.1-1-1 想定破損による蒸気影響評価結果と対策一覧

防護対象設備が存在する建屋・区画	溢水防護区画内の蒸気源有無	溢水防護区画外からの流入有無	耐蒸気仕様の有無	判定	備考
原子炉建屋 原子炉棟 (二次格納施設内)	主蒸気系 給水系 原子炉隔離時冷却系 原子炉冷却材浄化系 加熱蒸気系	有 (加熱蒸気系)	有 (一部無し)	○	<ul style="list-style-type: none"> 高エネルギー配管の破断を考慮した設計 ①耐環境仕様 ②ブローアウトパネルの設置 加熱蒸気系(加熱蒸気復水戻り系を一部含む)に対しては、以下の対策を実施 ①想定破損除外の適用(応力評価の実施) 耐蒸気仕様となっていない設備については、設備対策を実施、又は蒸気漏えいによって機能喪失しても安全機能に影響がないことを確認 二次格納施設内の防護対象設備に対する機能維持判定を「1.2 防護すべき設備のうち溢水影響評価対象外とする設備について」に示す。
原子炉建屋付属棟	無	有 (加熱蒸気系)	無	○	<ul style="list-style-type: none"> 独立した区分の空調エリアである 原子炉建屋原子炉棟(二次格納施設内)の貫通部には気密シールが施されているため、原子炉建屋原子炉棟(二次格納施設内)へ伝播しない
制御建屋	無	有 (加熱蒸気系)	無	○	<ul style="list-style-type: none"> 加熱蒸気系に対しては、以下の対策を実施 ①想定破損除外の適用(応力評価の実施)
復水貯蔵タンクエリア	加熱蒸気系	無	無	○	<ul style="list-style-type: none"> 復水貯蔵タンク水位計が機能喪失するが、多重化された系統が同時にその機能を失わない
海水ポンプエリア	無	無	無	○	—
軽油タンクエリア	無	無	無	○	—
原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理エリア(非管理区域))	無	無	無	○	—
タービン建屋	加熱蒸気系	有 (加熱蒸気系)	無	○	<ul style="list-style-type: none"> 加熱蒸気系に対しては、以下の対策を実施 ①防護カバーの設置

4.2 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では想定破損により生じる溢水からの蒸気影響に対して各建屋に設置する防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。

重大事故等対処設備に対する蒸気影響評価は、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について」“2.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”に記載する評価方針に則り評価を実施する。

なお、屋外に設置する防護すべき設備（重大事故等対処設備）については、蒸気の影響がないことが明らかなため記載しない。

蒸気影響に対する評価結果を表 4.2-1 に示す。

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1/9)

評価種別 : 蒸気

溢水発生区画 : 原子炉建屋付属棟, 廃棄物処理エリア(管理区域), 復水貯蔵タンクエリア, タービン建屋

溢水源 : 高エネルギー配管

溢水量(m³) : -

総合判定

○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		45	×	×	防止	原子炉隔離時冷却系	○		○
					防止	高圧炉心スプレイ系	○		
原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×	×	防止	(原子炉隔離時冷却系)	○		○		
			防止	高圧炉心スプレイ系	○				
高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×	×	防止	(高圧炉心スプレイ系)			○		
			防止	原子炉隔離時冷却系					
ほう酸水注入系による進展抑制	○	○	防止	原子炉保護系			○		
			防止	制御棒					
			防止	制御棒駆動機構					
			防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
				防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
				防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	○	防止	自動減圧系			○	
				防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	125V 蓄電池 2A			○	
				防止	125V 蓄電池 2B				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			○	
防止				(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
高圧窒素ガス供給系(非常用)による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			○		
			防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)					
代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁(自動減圧機能)のみ	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ			○		
			防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ					
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	(HPCS 注入隔離弁)			○		
ブローアウトパネル	○	○	防止	なし					
47	低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(常設)(直流駆動低圧注水系ポンプ)による原子炉の冷却	×	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(低圧注水モード)による低圧注水	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水モード))			○	
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード)による原子炉停止時冷却	○	○	防止	(残留熱除去系(原子炉停止時冷却モード))			○	
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水モード)			○	
				防止	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))			○	
防止				(貯留堰)					
原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	○	防止	(取水口)			○		
			防止	(取水路)					
			防止	(海水ポンプ室)					
非常用取水設備	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)			○		
			緩和	低圧炉心スプレイ系					
低圧代替注水系(常設)(復水移送ポンプ)による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)			○		
			緩和	低圧炉心スプレイ系					
低圧代替注水系(可搬型)による残存溶融炉心の冷却	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水モード)			○		
			緩和	低圧炉心スプレイ系					
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	○	緩和	原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。)			○		
			緩和	(原子炉補機冷却水系(原子炉補機冷却海水系を含む。))					

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(2/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	残留熱除去系（サブプレッションプール水冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール水冷却モード）)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。))				
	非常用取水設備	○		防止	(貯留堰)				
	非常用取水設備	○		防止	(取水口)				
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード))				
	残留熱除去系（サブプレッションプール水冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	(残留熱除去系（サブプレッションプール水冷却モード）)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
非常用取水設備	○	防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
非常用取水設備	○	防止	(取水路)						
非常用取水設備	○	防止	(海水ポンプ室)						
50	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
51	原子炉格納容器下部注水系（常設）（復水移送ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○
	原子炉格納容器下部注水系（常設）（代替循環冷却ポンプ）による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし				
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
	代替循環冷却系による原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))				
	原子炉隔離時冷却系	○		緩和	原子炉隔離時冷却系				
	高圧炉心スプレイ系	○		緩和	高圧炉心スプレイ系				
	原子炉保護系	○		緩和	原子炉保護系				
制御棒	○	緩和	制御棒						
制御棒駆動機構	○	緩和	制御棒駆動機構						
制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット	○	緩和	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
残留熱除去系（低圧注水モード）	×	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
低圧炉心スプレイ系	×	緩和	低圧炉心スプレイ系						
残留熱除去系（低圧注水モード）	○	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）						
低圧炉心スプレイ系	○	緩和	低圧炉心スプレイ系						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	×	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	×	緩和	(原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。))						
52	(原子炉格納容器調気系)	○	○	-	なし				○
	可搬型窒素ガス供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし				
	原子炉格納容器フィルタベント系による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	主要パラメータの他チャンネル				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(D/W)				
	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	○		緩和	格納容器内水素濃度(S/C)				
原子炉格納容器内雰囲気水素濃度	○	緩和	格納容器内雰囲気水素濃度						
原子炉格納容器内雰囲気水素濃度	○	緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)						
原子炉格納容器内雰囲気酸素濃度	○	緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)						

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(3/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	○	緩和	なし				○
	原子炉建屋内の水素濃度監視	○		緩和	なし				
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プール代替注水系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				
				防止	燃料プール冷却浄化系				
	燃料プールのスプレイ系（常設配管）による使用済燃料プールへのスプレイ	○		緩和	なし				
				燃料プールのスプレイ系（可搬型）による使用済燃料プールへのスプレイ	○	緩和	なし		
	大気への放射性物質の拡散抑制	○				緩和	なし		
				使用済燃料プールの監視	○	防止	燃料貯蔵プール水位		
	防止	燃料貯蔵プール水温度							
	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
	防止	燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
	防止	燃料交換フロア放射線モニタ							
	防止	燃料取替エリア放射線モニタ							
	重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却）				
防止			（燃料プール冷却浄化系）						
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし				○
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし				
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし				
56	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）				○
				防止	（復水貯蔵タンク）				
	水の供給	○		防止	なし				
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備				○
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備				
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備				
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備				
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備				
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備				
				防止	（非常用所内電気設備）				
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）				
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）						
燃料補給設備	○	防止	（軽油タンク）						
		防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
		防止	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ						
58	原子炉圧力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				○
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力（SA）				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	防止	残留熱除去系熱交換器入口温度							
原子炉圧力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	原子炉圧力（SA）					
			防止	原子炉水位（広帯域）					
			防止	原子炉水位（燃料域）					
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
防止	原子炉水位（SA 燃料域）								
防止	原子炉圧力容器温度								

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果 (重大事故等対処設備) (4/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定
58	原子炉圧力容器内の圧力 (続き)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉水位 (広帯域)				
				防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
				防止	原子炉圧力容器温度				
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○	
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
				防止	高压代替注水系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量)				
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量)				
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量				
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量				
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量				
				防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量				
				防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量				
				防止	原子炉圧力				
				防止	原子炉圧力 (SA)				
				防止	圧力抑制室圧力				
				○	防止	原子炉水位 (広帯域)			
					防止	原子炉水位 (燃料域)			
					防止	高压代替注水系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量)			
					防止	残留熱除去系洗浄ライン流量 (残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量)			
					防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
					防止	代替循環冷却ポンプ出口流量			
					防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
					防止	高压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	残留熱除去系ポンプ出口流量			
					防止	低压炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
					防止	原子炉圧力			
				防止	原子炉圧力 (SA)				
	防止	圧力抑制室圧力							
	原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位 (広帯域)				
				防止	原子炉水位 (燃料域)				
				防止	原子炉水位 (SA 広帯域)				
				防止	原子炉水位 (SA 燃料域)				
				防止	復水貯蔵タンク水位				
○		○	防止	原子炉水位 (広帯域)					
			防止	原子炉水位 (燃料域)					
			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
			防止	復水貯蔵タンク水位					
			防止	原子炉水位 (広帯域)					
○		○	防止	原子炉水位 (燃料域)					
			防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
			防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
			緩和	圧力抑制室水位					
			緩和	原子炉水位 (広帯域)					
			緩和	原子炉水位 (燃料域)					
○	○	緩和	原子炉水位 (SA 広帯域)						
		緩和	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		緩和	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		緩和	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		緩和	原子炉水位 (SA 燃料域)						
		緩和	原子炉水位 (SA 燃料域)						

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(5/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			○
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
		○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）			
				防止	圧力抑制室水位			
				防止	原子炉水位（広帯域）			
				防止	原子炉水位（燃料域）			
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）			
	○	○	防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
			防止	圧力抑制室水位				
			防止	原子炉水位（広帯域）				
			防止	原子炉水位（燃料域）				
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	圧力抑制室圧力			
				防止	原子炉格納容器下部水位			
				防止	ドライウエル水位			
				防止	ドライウエル温度			
				防止	ドライウエル圧力			
		○	○	防止	圧力抑制室圧力			
				緩和	原子炉格納容器下部水位			
				緩和	ドライウエル水位			
				緩和	ドライウエル温度			
				緩和	ドライウエル圧力			
	○	○	緩和	圧力抑制室圧力				
緩和			復水貯蔵タンク水位					
緩和			原子炉格納容器下部水位					
緩和			ドライウエル水位					
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	ドライウエル圧力				
	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	主要パラメータの他の検出器				
	○	○	防止	サブプレッションプール水温度				
			防止	圧力抑制室圧力				
	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル					
		緩和	主要パラメータの他チャンネル					
原子炉格納容器内の圧力	○	○	防止	圧力抑制室圧力				
			防止	ドライウエル温度				
	○	○	防止	ドライウエル圧力				
			防止	圧力抑制室内空気温度				

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(6/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	×	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(7/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	×			防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○			防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	○	防止	原子炉水位 (燃料域)							
○	防止	原子炉水位 (SA 広帯域)								
○	防止	原子炉水位 (SA 燃料域)								
○	防止	原子炉圧力容器温度								
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○		
	○		防止	ドライウエル圧力						
	○		防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(8/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定								
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等		判定							
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）											
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	原子炉格納容器下部注水流量											
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力											
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力											
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				防止	復水移送ポンプ出口圧力											
				防止	原子炉水位（広帯域）											
				防止	原子炉水位（燃料域）											
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）											
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）											
				防止	主要パラメータの他チャンネル											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量											
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力											
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力											
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力											
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル							
				緩和	緩和	○	○	緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置							
				原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	緩和	○	○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)			
	緩和	緩和	○					○	緩和	格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)						
	緩和	緩和	○					○	緩和	ドライウェル圧力						
	緩和	緩和	○					○	緩和	圧力抑制室圧力						
	使用済燃料プールの監視	○	○	○	防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）						
					防止	防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ						
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール監視カメラ							
防止					防止	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）							
発電所内の通信連絡	○	○	○	緩和	緩和	○	○	緩和	なし							
				防止	防止	○	○	防止	各計器							

表 4.2-1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(9/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	○		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	×	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	×	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

4.3 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）

本資料では地震に伴い発生する溢水からの蒸気影響に対して各建屋の蒸気評価は、高エネルギー流体を内包する機器のうち、基準地震動 S_s によって破損が生じる可能性のある機器について破損を想定し、その発生蒸気による影響を評価する。

ただし、本評価は、複数系統・複数箇所の同時破損を考慮する点が「4.1 想定破損により生じる溢水に対する蒸気影響評価結果（溢水防護対象設備）」と異なるのみで、蒸気の発生区域や影響範囲は想定破損時の評価と同様である。したがって、地震時の蒸気影響評価は想定破損による蒸気影響評価に包含される。

なお、蒸気流出の可能性がある耐震 B, C クラス機器のうち、蒸気を内包する系統（加熱蒸気系）については、基準地震動 S_s による地震力に対して耐震評価を実施してバウンダリ機能の確保を確認する、若しくは補強工事を実施することにより耐震性を確保するため破損が発生せず、蒸気影響はない。

4.4 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では地震に伴い発生する溢水からの蒸気影響に対して各建屋に設置する防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する評価結果を示す。

重大事故等対処設備に対する蒸気影響評価は、「2.3 想定破損により生じる溢水に対する没水影響評価について」“2.3.2 防護すべき設備（重大事故等対処設備）に対する防護方針”に記載する評価方針に則り評価を実施する。

なお、屋外に設置する防護すべき設備（重大事故等対処設備）については、蒸気の影響がないことが明らかのため記載しない。

蒸気影響に対する評価結果を表 4.4-1 に示す。

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果 (重大事故等対処設備) (1/9)

評価種別 : 蒸気

溢水発生区画 : 原子炉建屋原子炉棟, 原子炉建屋付属棟, 廃棄物処理エリア(管理区域), 復水貯蔵タンクエリア, タービン建屋

溢水源 : 基準地震動 Ss による地震力に対して耐震性が確保されていない高エネルギー配管

溢水量 (m³) : -

総合判定
○

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I / II, III 判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定	
43	アクセスルート確保	○	○	*2	なし				○
44	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉保護系				○
	原子炉再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉保護系				
				防止	制御棒				
				防止	制御棒駆動機構				
ほう酸水注入	×	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	原子炉保護系						
		防止	制御棒						
出力急上昇の防止	○	防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット						
		防止	自動減圧系						
		45	×	×	防止	原子炉隔離時冷却系	○		○
					防止	高圧炉心スプレイ系	○		
原子炉隔離時冷却系による原子炉の冷却	×	×	防止	(原子炉隔離時冷却系)	○		○		
			防止	高圧炉心スプレイ系	○				
高圧炉心スプレイ系による原子炉の冷却	×	×	防止	(高圧炉心スプレイ系)			○		
			防止	原子炉隔離時冷却系					
ほう酸水注入系による進展抑制	×	×	防止	原子炉保護系			○		
			防止	制御棒					
			防止	制御棒駆動機構					
			防止	制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット					
46	主蒸気逃がし安全弁	○	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁)			○	
	原子炉減圧の自動化 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ 可搬型代替直流電源設備による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	(主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ)				
		○		防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)				
	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電池による主蒸気逃がし安全弁機能回復	○		防止	自動減圧系				
	高圧窒素ガス供給系 (非常用) による窒素確保 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	非常用直流電源設備				
		○		防止	125V 蓄電池 2A				
	代替高圧窒素ガス供給系による原子炉減圧 ※主蒸気逃がし安全弁 (自動減圧機能) のみ	○		防止	125V 蓄電池 2B				
		○		防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ				
インターフェイスシステム LOCA 隔離弁	○	防止	(主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ)						
ブローアウトパネル	○	防止	主蒸気逃がし安全弁逃がし弁機能用アキュムレータ						
47	低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による原子炉の冷却	×	○	防止	主蒸気逃がし安全弁自動減圧機能用アキュムレータ			○	
				防止	(HPCS 注入隔離弁)				
	低圧代替注水系 (常設) (直流駆動低圧注水系ポンプ) による原子炉の冷却	×		防止	なし				
				防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
	低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉の冷却	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (低圧注水モード) による低圧注水	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード) による原子炉停止時冷却	○		防止	(残留熱除去系 (低圧注水モード))				
				防止	低圧炉心スプレイ系				
	低圧炉心スプレイ系による低圧注水	○		防止	(残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード))				
				防止	(低圧炉心スプレイ系)				
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	残留熱除去系 (低圧注水モード)				
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				
原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		防止	(貯留堰)						
非常用取水設備	○	防止	(取水口)						
		防止	(取水路)						
		防止	(海水ポンプ室)						
低圧代替注水系 (常設) (復水移送ポンプ) による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
低圧代替注水系 (可搬型) による残存溶融炉心の冷却	○	緩和	残留熱除去系 (低圧注水モード)						
		緩和	低圧炉心スプレイ系						
代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(2/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定		
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定			
48	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○	○	防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○		
	耐圧強化バント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)						
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	原子炉格納容器フィルタバント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)						
				防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）による原子炉停止時冷却	○		防止	（残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)）						
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）						
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））						
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（高圧炉心スプレイ補機冷却水系 (高圧炉心スプレイ補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）								
		防止	（取水口）								
		防止	（取水路）								
		防止	（海水ポンプ室）								
49	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（常設）による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)				○		
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系（可搬型）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)						
	残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却モード）による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	（残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)）						
	残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード）によるサブプレッションチェンバプール水の冷却	○		防止	（残留熱除去系（サブプレッションプール冷却モード））						
	原子炉補機代替冷却水系による除熱	○		防止	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)	○		防止	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
非常用取水設備	○	防止	（貯留堰）								
		防止	（取水口）								
		防止	（取水路）								
		防止	（海水ポンプ室）								
50	代替循環冷却系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	×	○	緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)				○		
	原子炉格納容器フィルタバント系による 原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
51	原子炉格納容器下部注水系（常設） (復水移送ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×	○	緩和	なし				○		
	原子炉格納容器下部注水系（常設） (代替循環冷却ポンプ)による 原子炉格納容器下部への注水	×		緩和	なし						
	原子炉格納容器下部注水系（可搬型） による原子炉格納容器下部への注水	○		緩和	なし						
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器下部 への注水	×		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)						
	原子炉格納容器代替スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器下部 への注水	○		緩和	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却モード)						
	代替循環冷却系による原子炉格納容器 下部への注水	×		緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
				緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)						
	溶融炉心の落下遅延・防止	○		×	緩和	原子炉隔離時冷却系					
					緩和	高圧炉心スプレイ系					
					緩和	原子炉保護系					
緩和			制御棒								
緩和			制御棒駆動機構								
緩和			制御棒駆動水圧系水圧制御ユニット								
緩和			残留熱除去系（低圧注水モード）								
緩和			低圧炉心スプレイ系								
原子炉格納容器内の水素及び 酸素の排出	×	×	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
			緩和	低圧炉心スプレイ系							
原子炉格納容器内の水素濃度及び 酸素濃度の監視	○	×	緩和	残留熱除去系（低圧注水モード）							
			緩和	低圧炉心スプレイ系							
			緩和	原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
			緩和	（原子炉補機冷却水系 (原子炉補機冷却海水系を含む。)							
52	(原子炉格納容器調気系)	○	×	—	なし				○		
	可搬型窒素ガス供給装置による 原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	なし						
	原子炉格納容器フィルタバント系による 原子炉格納容器内の水素及び酸素 の排出	×		緩和	主要パラメータの他チャンネル	○	一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能	○			
				緩和	格納容器内水素濃度(D/W)	○					
				緩和	格納容器内水素濃度(S/C)	○					
		緩和	格納容器内雰囲気水素濃度								
		緩和	(格納容器内雰囲気水素濃度)								
		緩和	(格納容器内雰囲気酸素濃度)								

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(3/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	判定		
53	静的触媒式水素再結合装置による水素濃度抑制	○	×	緩和	なし				○	
	原子炉建屋内の水素濃度監視	×		緩和	なし			一部機能喪失する可能性があるが、修理による対応により機能復旧が可能		○
54	燃料プール代替注水系（常設配管）による使用済燃料プールへの注水	○	○	防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）				○	
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	燃料プールのスプレー系（可搬型）による使用済燃料プールへの注水	○		防止	残留熱除去系（燃料プール水の冷却及び補給）					
				防止	燃料プール冷却浄化系					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
				緩和	なし					
	使用済燃料プールの監視	○		防止	燃料貯蔵プール水位					
				防止	燃料貯蔵プール水温度					
防止			使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）							
防止			燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度							
防止			燃料交換フロア放射線モニタ							
防止			燃料取替エリア放射線モニタ							
防止			原子炉建屋原子炉棟排気放射線モニタ							
防止			残留熱除去系（燃料プール水の冷却）							
重大事故等時における使用済燃料プールの除熱	○	防止	（燃料プール冷却浄化系）							
		防止	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却海水系を含む。）							
55	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和	なし			○		
	航空機燃料火災への泡消火	○		緩和	なし					
	海洋への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	なし					
56	重大事故等取束のための水源	○	○	防止	（サブプレッションチェンバ）			○		
				防止	（復水貯蔵タンク）					
	水の供給	○		防止	なし					
57	常設代替交流電源設備による給電	×	○	防止	非常用交流電源設備			○		
	可搬型代替交流電源設備による給電	×		防止	非常用交流電源設備					
	所内常設蓄電式直流電源設備による給電	○		防止	非常用交流電源設備					
	常設代替直流電源設備による給電	○		防止	非常用直流電源設備					
	可搬型代替直流電源設備による給電	×		防止	非常用直流電源設備					
	代替所内電気設備による給電	×		防止	非常用所内電気設備					
				防止	（非常用所内電気設備）					
				防止	（非常用交流電源設備）					
	非常用交流電源設備	×		防止	（非常用交流電源設備）					
防止			（非常用直流電源設備）							
非常用直流電源設備	○	防止	（非常用直流電源設備）							
		防止	（軽油タンク）							
燃料補給設備	○	防止	非常用ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
		防止	高圧炉心スプレー系ディーゼル発電設備燃料移送ポンプ							
58	原子炉压力容器内の温度	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器			○		
				防止	原子炉圧力					
				防止	原子炉圧力（SA）					
				防止	原子炉水位（広帯域）					
				防止	原子炉水位（燃料域）					
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）					
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）					
	防止			残留熱除去系熱交換器入口温度						
原子炉压力容器内の圧力	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○			
			防止	原子炉圧力（SA）						
			防止	原子炉水位（広帯域）						
			防止	原子炉水位（燃料域）						
			防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
			防止	原子炉水位（SA 燃料域）						

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(4/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	原子炉圧力容器内の圧力（続き）	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	原子炉圧力容器温度							
	原子炉圧力容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉圧力							
				防止	原子炉圧力（SA）							
				防止	圧力抑制室圧力							
				原子炉圧力容器への注水量	○	○	防止		原子炉水位（広帯域）			○
							防止		原子炉水位（燃料域）			
							防止		高圧代替注水系ポンプ出口流量			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
							防止		残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
	防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量										
	防止	代替循環冷却ポンプ出口流量										
	防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量										
	防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	残留熱除去系ポンプ出口流量										
	防止	低圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量										
	防止	原子炉圧力										
	原子炉圧力容器への注水量	○	○				防止	復水貯蔵タンク水位			○	
				防止	原子炉水位（広帯域）							
防止				原子炉水位（燃料域）								
防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
防止				復水貯蔵タンク水位								
防止				原子炉水位（広帯域）								
防止				原子炉水位（燃料域）								
防止				原子炉水位（SA 広帯域）								
防止				原子炉水位（SA 燃料域）								
防止				復水貯蔵タンク水位								
原子炉圧力容器への注水量				○	○	緩和	圧力抑制室水位			○		
	緩和	原子炉水位（広帯域）										
	緩和	原子炉水位（燃料域）										
	緩和	原子炉水位（SA 広帯域）										
	緩和	原子炉水位（SA 燃料域）										

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(5/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定	
58	原子炉压力容器への注水量（続き）	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	復水貯蔵タンク水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
		○		防止	圧力抑制室水位				
				防止	原子炉水位（広帯域）				
				防止	原子炉水位（燃料域）				
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）				
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）				
	○	防止	圧力抑制室水位						
		防止	原子炉水位（広帯域）						
		防止	原子炉水位（燃料域）						
		防止	原子炉水位（SA 広帯域）						
		防止	原子炉水位（SA 燃料域）						
	原子炉格納容器への注水量	○	○	防止	復水貯蔵タンク水位				○
				防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
		○		防止	原子炉格納容器下部水位				
				防止	ドライウエル水位				
				防止	ドライウエル温度				
				防止	ドライウエル圧力				
				防止	圧力抑制室圧力				
		○		緩和	原子炉格納容器下部水位				
				緩和	ドライウエル水位				
				緩和	ドライウエル温度				
				緩和	ドライウエル圧力				
				緩和	圧力抑制室圧力				
	○	緩和	復水貯蔵タンク水位						
緩和		原子炉格納容器下部水位							
緩和		ドライウエル水位							
防止		主要パラメータの他の検出器							
防止		ドライウエル圧力							
原子炉格納容器内の温度	○	○	防止	圧力抑制室圧力				○	
			防止	主要パラメータの他の検出器					
	防止		サブプレッションプール水温度						
	防止		圧力抑制室圧力						
○	防止	主要パラメータの他の検出器							
	防止	圧力抑制室内空気温度							
原子炉格納容器内の圧力	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				○	
			防止	圧力抑制室圧力					
			防止	ドライウエル温度					
			防止	ドライウエル圧力					
			防止	圧力抑制室内空気温度					

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(6/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	原子炉格納容器内の水位	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			○
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量			
				防止	高圧炉心スプレイ系ポンプ出口流量			
				防止	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				防止	原子炉格納容器下部注水流量			
				防止	復水貯蔵タンク水位			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）			
				緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量			
				緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量			
				緩和	原子炉格納容器下部注水流量			
		○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）			
	緩和			残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
	緩和			原子炉格納容器代替スプレイ流量				
	緩和			代替循環冷却ポンプ出口流量				
	緩和			原子炉格納容器下部注水流量				
	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレイライン洗浄流量）				
			緩和	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系 B 系格納容器冷却ライン洗浄流量）				
			緩和	原子炉格納容器代替スプレイ流量				
			緩和	代替循環冷却ポンプ出口流量				
			緩和	原子炉格納容器下部注水流量				
	原子炉格納容器内の水素濃度	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
				防止	格納容器内雰囲気水素濃度			
				緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和	格納容器内水素濃度 (D/W)			
	原子炉格納容器内の放射線量率	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
		○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル			
未臨界の維持又は監視	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
			防止	平均出力領域モニタ				
	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保（代替循環冷却系）	○	○	防止	主要パラメータの他の検出器				
			防止	圧力抑制室内空気温度				
	○	×	緩和	サブプレッションプール水温度				
			緩和	圧力抑制室水位				
			緩和	原子炉水位（広帯域）				
			緩和	原子炉水位（燃料域）				
			緩和	原子炉水位（SA 広帯域）				
			緩和	原子炉水位（SA 燃料域）				
			緩和	原子炉圧力容器温度				
			緩和	原子炉格納容器下部水位				
			緩和	ドライウエル水位				
			緩和	ドライウエル温度				
緩和	ドライウエル圧力							
緩和	圧力抑制室圧力							

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(7/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			修復性		方針 I/II, III判定	
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等	判定		
58	最終ヒートシンクの確保 (原子炉格納容器フィルタベント系)	○	×	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	ドライウエル圧力					
		○		防止	圧力抑制室圧力					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
	最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント系)	×			防止	主要パラメータの他チャンネル	○			○
	最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			防止	原子炉圧力容器温度				○
		○			防止	サブプレッションプール水温度				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器入口温度				
		○			防止	原子炉補機冷却水系系統流量				
		○			防止	残留熱除去系熱交換器冷却水入口流量				
		○			防止	圧力抑制室水位				
	格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル				○	
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力 (SA)					
		○		防止	原子炉水位 (広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (燃料域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 広帯域)					
		○		防止	原子炉水位 (SA 燃料域)					
		○		防止	原子炉圧力容器温度					
		○		防止	主要パラメータの他チャンネル					
		○		防止	原子炉圧力					
	○	防止	原子炉水位 (広帯域)							
	格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	主要パラメータの他の検出器				○	
○			防止	ドライウエル圧力						
○			防止	圧力抑制室圧力						
格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○		防止	原子炉圧力				○		
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						
	○		防止	原子炉圧力						
	○		防止	原子炉圧力 (SA)						

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(8/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定				
	対象施設	個別機能 維持判定	条文毎 判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	頑健性の有無等		判定			
58	水源の確保	○	○	防止	高圧代替注水系ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系ヘッドスプレーライン洗浄流量）							
				防止	残留熱除去系洗浄ライン流量（残留熱除去系B系格納容器冷却ライン洗浄流量）							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	原子炉格納容器下部注水流量							
				防止	高圧代替注水系ポンプ出口圧力							
				防止	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口圧力							
				防止	高圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				防止	復水移送ポンプ出口圧力							
				防止	原子炉水位（広帯域）							
				防止	原子炉水位（燃料域）							
				防止	原子炉水位（SA 広帯域）							
				防止	原子炉水位（SA 燃料域）							
				防止	主要パラメータの他チャンネル							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口流量							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口流量							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口流量							
				防止	代替循環冷却ポンプ出口圧力							
				防止	残留熱除去系ポンプ出口圧力							
				防止	低圧炉心スプレー系ポンプ出口圧力							
				緩和	緩和	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
								緩和	静的触媒式水素再結合装置動作監視装置			
					原子炉格納容器内の酸素濃度	○	○	緩和	主要パラメータの他チャンネル			
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(D/W)				
				緩和				格納容器内雰囲気放射線モニタ(S/C)				
	緩和	ドライウェル圧力										
	緩和	圧力抑制室圧力										
		使用済燃料プールの監視	○	○	防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）						
	防止				使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）							
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール上部空間放射線モニタ（高線量，低線量）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ガイドバルブ式）											
防止	使用済燃料プール監視カメラ											
防止	使用済燃料プール水位/温度（ヒートサーモ式）											
	発電所内の通信連絡	○	○	緩和	なし							
	温度，圧力，水位，注水量の計測・監視	○	○	防止	各計器							

表 4.4-1 地震に伴い発生する溢水による蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）(9/9)

条文	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備		修復性		方針 I/II, III判定
	対象施設	個別機能維持判定	条文毎判定	分類*1	対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定	頑健性の有無等	
58	その他	○	○	防止	6-2C 母線電圧			○
				防止	6-2D 母線電圧			
				防止	6-2H 母線電圧			
				防止	(6-2C 母線電圧)			
				防止	(6-2D 母線電圧)			
				防止	(6-2H 母線電圧)			
				防止	(4-2C 母線電圧)			
				防止	(4-2D 母線電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2A 電圧)			
				防止	(125V 直流主母線 2B 電圧)			
				防止	125V 直流主母線 2A 電圧			
				防止	125V 直流主母線 2B 電圧			
				防止	(250V 直流主母線電圧)			
				防止	(HPCS125V 直流主母線電圧)			
59	居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室)			○
				防止	(中央制御室遮蔽)			
				防止	(中央制御室換気空調系)			
				防止	送受話器 (ページング)			
				防止	電力保安通信用電話設備			
				*2	中央制御室照明			
	被ばく線量の低減	○		緩和	なし			
60	モニタリングポストの代替測定	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	放射能観測車の代替測定	○		*2	放射能観測車			
	気象観測設備の代替測定	○		*2	気象観測設備			
	放射線量の測定	○		*2	なし			
	放射性物質濃度 (空气中・水中・土壌中) 及び海上モニタリング	○		*2	なし			
	モニタリングポストの代替交流電源からの給電	○		*2	非常用交流電源設備			
61	居住性の確保 (緊急時対策所)	○	○	*2	モニタリングポスト			○
	電源の確保 (緊急時対策所)	○		防止	非常用交流電源設備			
	必要な情報の把握	○		防止	非常用所内電気設備			
	通信連絡 (緊急時対策所)	○		緩和	なし			
62	発電所内の通信連絡	○	○	防止	送受話器 (ページング)			○
	発電所外の通信連絡	○		防止	電力保安通信用電話設備			
未臨界移行	HCU スクラム	○	○	-	-			○
	ほう酸水注入系	×		-	-			
燃料冷却	高圧代替注水	○	○	-	-			○
	減圧	○		-	-			
	低圧注水	○		-	-			
格納容器除熱	代替循環冷却系	×	○	-	-			○
	耐圧強化ベント系又は原子炉格納容器フィルタベント系	○		-	-			
使用済燃料プール注水	大容量送水ポンプでの注水	○	○	-	-			○

*1: 条文毎の重大事故対処設備の分類 (防止: 重大事故防止設備, 緩和: 重大事故緩和設備)

*2: 重大事故防止でも緩和でもない設備

注: 重大事故対処設備のみで機能維持が可能な場合等, 考慮不要になる場合はグレーアウトしている。

5. 想定破損による溢水影響評価について

5.1 想定破損により生じる溢水影響評価における溢水源リスト

1. 想定破損により生じる溢水

内部溢水影響評価ガイドに従い、溢水影響評価上の防護対象設備を内包する原子炉建屋，制御建屋，海水ポンプ室，復水貯蔵タンクエリア，軽油タンクエリア及びタービン建屋内に敷設されている系統（水（油を含む），蒸気）並びに溢水影響評価上の防護対象設備が設定されている建屋と接続している建屋内に敷設されている系統（水（油を含む），蒸気）を溢水源として選定する。溢水源として想定する系統を表 5.1-1 に示す。

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（1/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御 建屋	タービン 建屋		補助 ボイラー 建屋	海水 ポンプ室	CST エリア*1	LOT エリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理エ リア)		管理	非管理				
給水系	○	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
制御棒駆動 水圧系	○	○	○	—	—	—	—	—	—	○*4	—	—
ほう酸水注 入系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
残留熱除去 系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
低圧炉心ス プレイ系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
高圧炉心ス プレイ系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	○*4	—	—
原子炉隔離 時冷却系	—	○*3	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
原子炉冷却 材浄化系	○	○	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—
燃料プールの 冷却浄化系	—	○	○	—	—	—	—	—	—	○*4	—	—

注記*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

*3：当該系統の運転時間が短いため、低エネルギー配管に分類する

*4：復水補給水系の溢水量で考慮する

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（2/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御 建屋	タービン 建屋		補助 ボイラー 建屋	海水 ポンプ室	CST エリア*1	LOT エリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理エ リア)		管理	非管理				
放射性ドレ ン移送系	-	○	○	-	○	-	○	-	-	-	-	-
機器ドレン系	○*3	○	○	-	○	-	○	-	-	○*4	-	-
床ドレン・ 化学廃液系	○*3	○	○	-	○	-	○	-	-	-	-	-
ストームド レン系	-	○	-	-	○	-	○	-	-	-	-	-
廃スラッジ系	-	○	-	-	○	-	○	-	-	-	-	-
濃縮廃液系	-	○	-	-	○	-	○	-	-	-	-	-
固化系	-	○	-	-	○*5	-	○	-	-	-	-	-
復水系	○	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
給水系	○	-	○	-	-	-	○	-	-	-	-	-

注記*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

*3：廃棄物処理エリアのみ

*4：復水補給水系の溢水量で考慮する

*5：休止設備であり保有水なし

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（3/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御 建屋	タービン 建屋		補助 ボイラー 建屋	海水 ポンプ室	CST エリア*1	LOT エリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理工 リア)		管理	非管理				
給水加熱器 ドレン系	○	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
復水ろ過装 置	○	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
復水脱塩装 置	○	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
固定子巻線 冷却水系	-	○	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-
循環水系	-	○	-	-	-	-	○	-	○	-	-	-
純水補給水 系	-	○	○	-	-	○	○	○	○	-	-	-
復水補給水 系	-	○	○	-	-	-	○	-	-	○	-	-
ろ過水系	-	○	○	○	○	-	○	○	○	-	-	-
燃料プールの 補給水系	-	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
消火用水系	-	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-
換気空調補 機常用冷却 水系	-	○	○	○	○	○	○	○	○	-	-	-

注記*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（4/7）

系統	分類		設置エリア										
	高エネ	低エネ	原子炉建屋				制御 建屋	タービン 建屋		補助 ボイラー 建屋	海水 ポンプ室	CST エリア*1	LOT エリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理工 リア)			管理	非管理				
換気空調補 機非常用冷 却水系	-	○	○	○	○	-	○	-	-	○	-	-	-
原子炉補機 冷却水系	-	○	○	○	○	-	○	-	-	○	-	-	-
タービン補 機冷却水系	-	○	-	-	-	-	○	-	-	○	-	-	-
原子炉補機 冷却海水系	-	○	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-
タービン補 機冷却海水 系	-	○	-	-	-	-	-	-	-	○	-	-	-
高圧炉心ス プレイ補機 冷却水系	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧炉心ス プレイ補機 冷却海水系	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	○	-
補助ボイラー 給水系統	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
補助ボイラー 循環系統	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
補助ボイラー 冷却系統	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

注記*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（6/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御建屋	タービン建屋		補助ボイラー建屋	海水ポンプ室	CSTエリア*1	LOTエリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理エリア)		管理	非管理				
非常用ディーゼル発電機油系統	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	-
高圧炉心系スデゼル発電機油系統	-	○	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-
非常用ディーゼル発電機油系統	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	○
高圧炉心系スデゼル発電機油系統	-	○	○	○	-	-	-	-	-	-	-	○

注記*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

表 5.1-1 溢水源として想定する系統（想定破損による溢水）（7/7）

系統	分類		設置エリア									
	高エネ	低エネ	原子炉建屋			制御 建屋	タービン 建屋		補助 ボイラー 建屋	海水 ポンプ室	CST エリア*1	LOT エリア*2
			原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理工 リア)		管理	非管理				
タービン潤 滑油系	○	—	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—
高圧油圧系	—	○	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—
	—	○	—	—	—	—	○	—	—	—	—	—
非放射線性下 レン移送系	—	○	○	○	—	—	—	○	○	—	—	—
所内用水系	—	○	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—

注記*1：CST エリア：復水貯蔵タンクエリア

*2：LOT エリア：軽油タンクエリア

5.2 高エネルギー及び低エネルギー配管の分類について

想定破損評価においては、配管を高エネルギー配管及び低エネルギー配管に分類し、評価を実施しているが、高エネルギー配管に分類される系統であっても、運転期間が短時間である場合については、評価上低エネルギー配管として評価を実施している。この考え方を以下に示す。

内部溢水影響評価ガイド付録Aには、高エネルギー配管であっても高エネルギー状態にある運転期間が短時間（プラントの通常運転時の1%より小さい）である場合には、低エネルギー配管とすることができると定められている。

「通常運転」としては、ガイドが「高エネルギー状態にある運転期間」が短時間である系統の配管の考え方の参考とした米国NRCのStandard ReviewPlan(SRP) Branch Technical Position(BTP)3-4「Postulated Rupture Locations in Fluid System Piping Inside and Outside Containment」では、「原子炉起動，出力運転中，温態待機，低温停止状態までの冷却期間」とされるが、ここでは設置許可基準規則第二条2項2の定義を用い、プラントの停止中を含む全期間とする。この場合の女川原子力発電所第2号機の通常運転時間を表5.2-1に示す。

表 5.2-1 女川原子力発電所第2号機のプラント運転時間

号機	開始日 (営業運転開始日)	最終日	通常運転開始(h)
2	1995/07	2010/11	133921

また、各系統の「高エネルギー状態にある運転期間」の合計は、上記通常運転期間における各系統の高エネルギー状態にある運転時間の合算とする。

以上をもとに、高エネルギー配管であっても運転期間の割合が小さいことから低エネルギー配管とした6系統について、「高エネルギー状態にある運転期間」の算出結果を表5.2-2に示す。この結果より、全ての系統において「高エネルギー状態にある運転期間」が「通常運転」期間の1%より小さいことを確認したため、低エネルギー配管として評価する。

表 5.2-2 高エネルギー状態の運転期間割合算出結果

系統名	高エネルギー状態 にある運転時間 (h)	高エネルギー状態に ある運転時間割合 (%)	計算式*
ほう酸水注入系	A : 63 B : 63	A : 0.05 B : 0.05	A : 63h/133921h=0.05% B : 63h/133921h=0.05%
残留熱除去系	A : 28 B : 23 C : 14	A : 0.03 B : 0.02 C : 0.02	A : 28h/133921h=0.03% B : 23h/133921h=0.02% C : 14h/133921h=0.02%
低圧炉心スプレイ系	133	0.10	133h/133921h=0.10%
高圧炉心スプレイ系	189	0.15	189h/133921h=0.15%
原子炉隔離時冷却系	99	0.08	99h/133921h=0.08%
加熱蒸気及び復水戻り系（原子炉隔離時冷却系タービンテストライン）	3	0.01	3h/133921h=0.01%

注記* : 計算結果は小数点第三位切り上げ

5.3 高エネルギー及び低エネルギー配管の応力評価について

1. 高エネルギー配管の応力評価

女川原子力発電所第2号機において高エネルギー配管のうち想定破損除外の適用（応力評価）を実施する対象配管は加熱蒸気及び復水戻り系であり，非安全系の配管であることから，溢水ガイド附属書Aのクラス2,3又は非安全系の配管に適用される計算式により応力評価を実施し，評価条件を満足することを確認する。

供用状態A, B及び(1/3)Sd地震荷重に対して設計・建設規格PPC-3530(1)b.の計算式により計算した（一次応力+二次応力） S_n が，設計・建設規格PPC-3530(1)d.の計算式により求めた許容応力 S_a の0.4倍以下であることを確認する。

S_a の算出

設計・建設規格PPC-3530(1)d.の計算式から算出する。

$$S_a = 1.25fS_c + (1.2 + 0.25f)S_h$$

【炭素鋼（STPT38）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 93 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 93 \\ &= 251.1 \\ &= 251 \text{（小数点以下を切り捨て）} \end{aligned}$$

【炭素鋼（STPA23）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 103 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 103 \\ &= 278.1 \\ &= 278 \text{（小数点以下を切り捨て）} \end{aligned}$$

【炭素鋼（STS42）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 103 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 103 \\ &= 278.1 \\ &= 278 \text{（小数点以下を切り捨て）} \end{aligned}$$

ここで，

S_a ：許容応力 (MPa)

f ：許容応力低減係数（=1.0）

S_c ：室温における付録材料図表Part5に規定する材料の許容引張応力

S_h ：使用温度における付録材料図表Part5に規定する材料の許容引張応力

加熱蒸気及び復水戻り系配管は、通年（運転時、定検時）において、圧力は一定に保つよう設定されているため、有意な温度変化は受けず、また、補機の発停回数も有意な回数がないことから、表 5.3-1 より応力低減係数を 1.0 に設定した。

表 5.3-1 許容応力低減係数（設計・建設規格 PPC-3530 より抜粋）



設計・建設規格付録材料図表の抜粋を 5.3-1 図に示す。

破損想定除外を実施する高エネルギー配管の応力評価結果を表 5.3-2 に、評価を実施するモデルの配管図を 5.3-2 図に示す。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

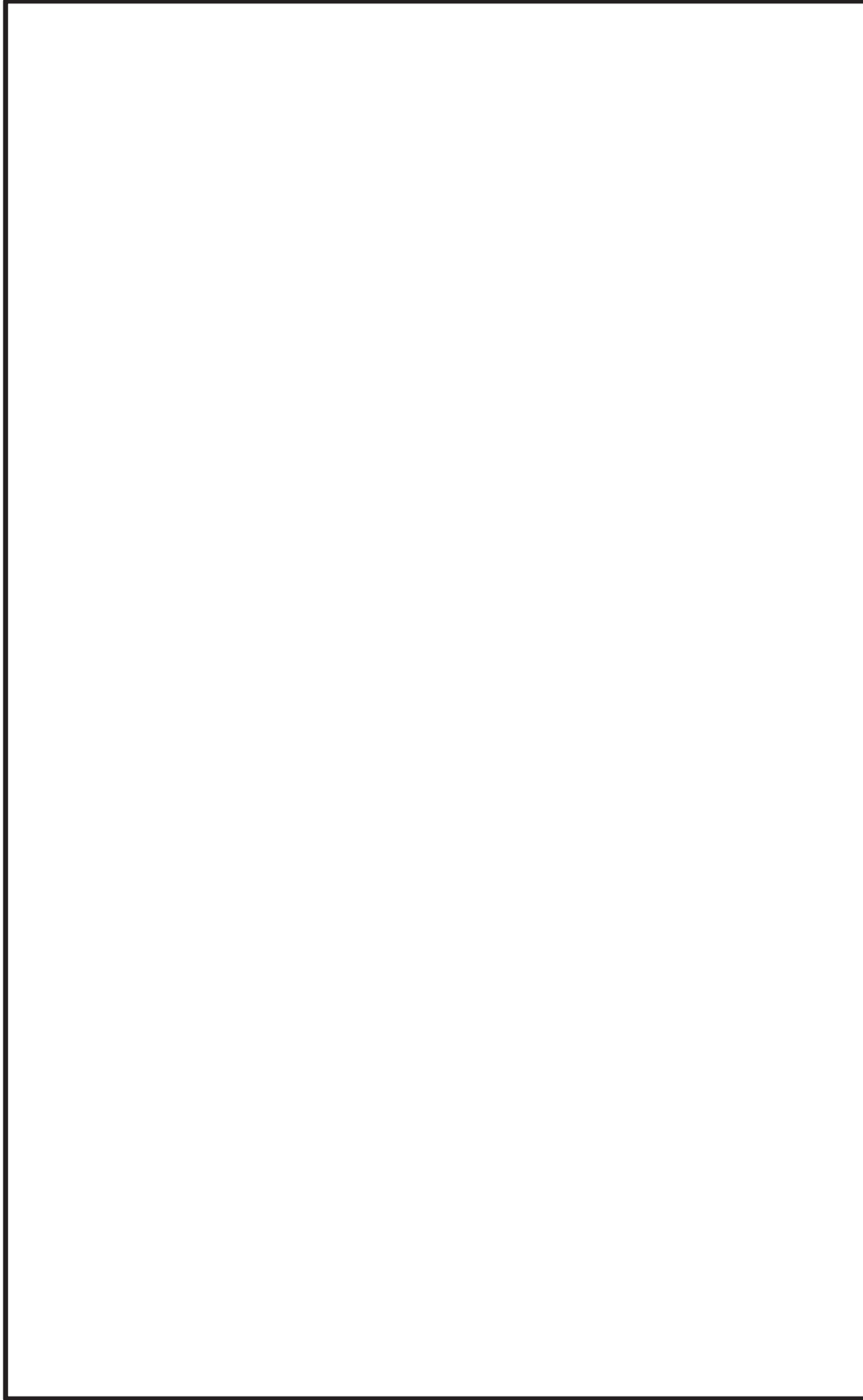
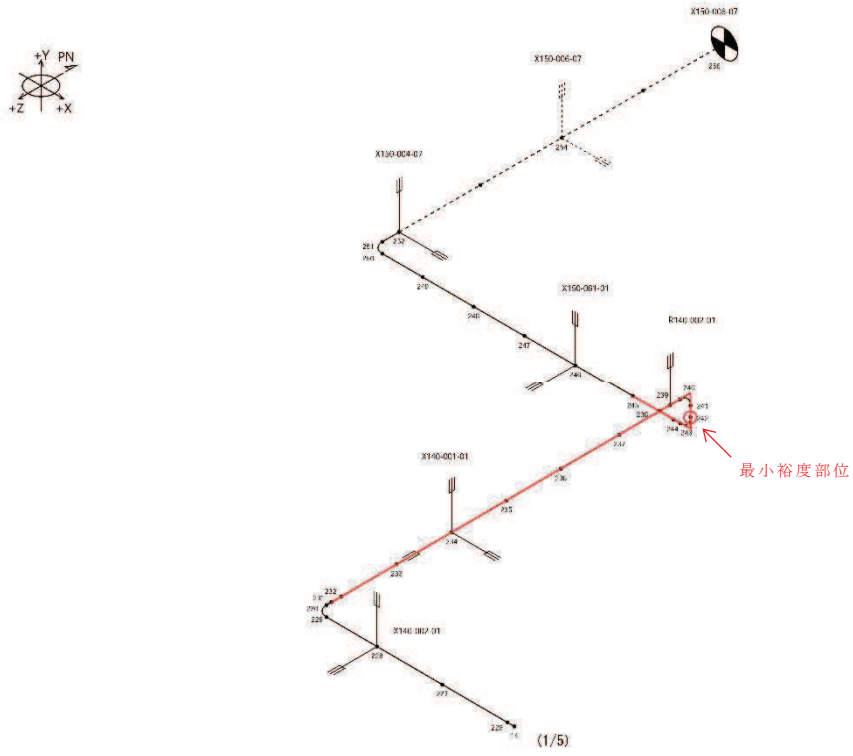


図 5.3-1 設計・建設規格 付録図表 (抜粋)

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（1/7）

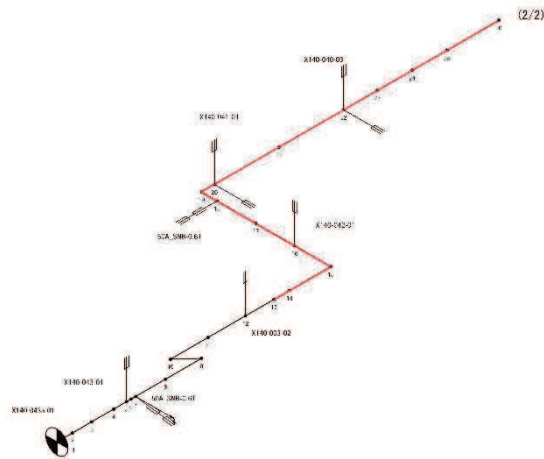
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-002	R/B	R-1F-5	67	100



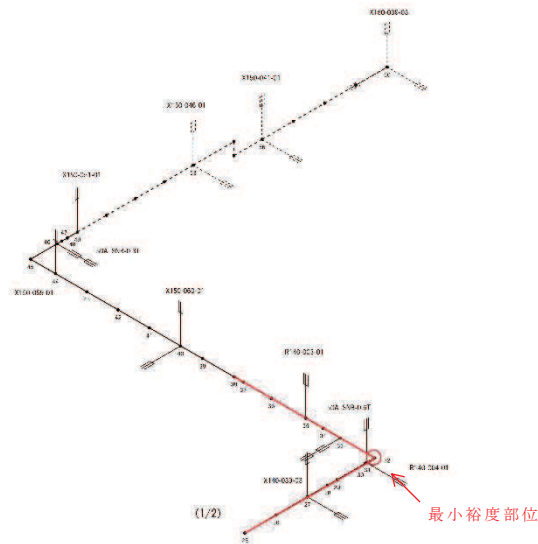
5.3-2 図 配管図（1/7）

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（2/7）

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-001	R/B	R-1F-5	51	100
			R-1F-12		



鳥瞰図 HS-001 (1/2)

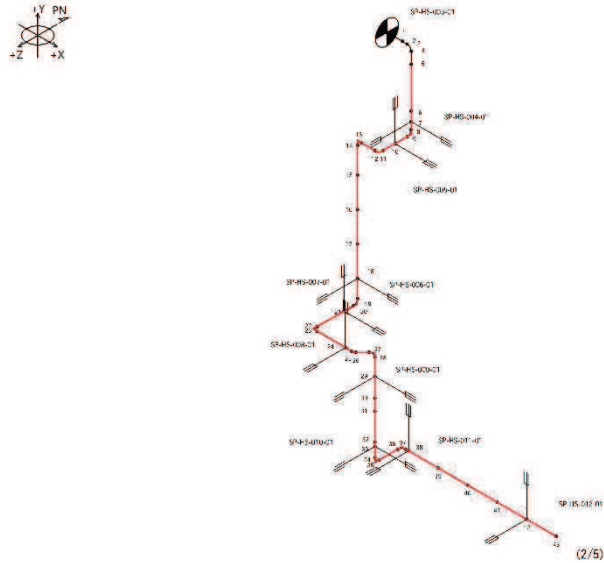


鳥瞰図 HS-001 (2/2)

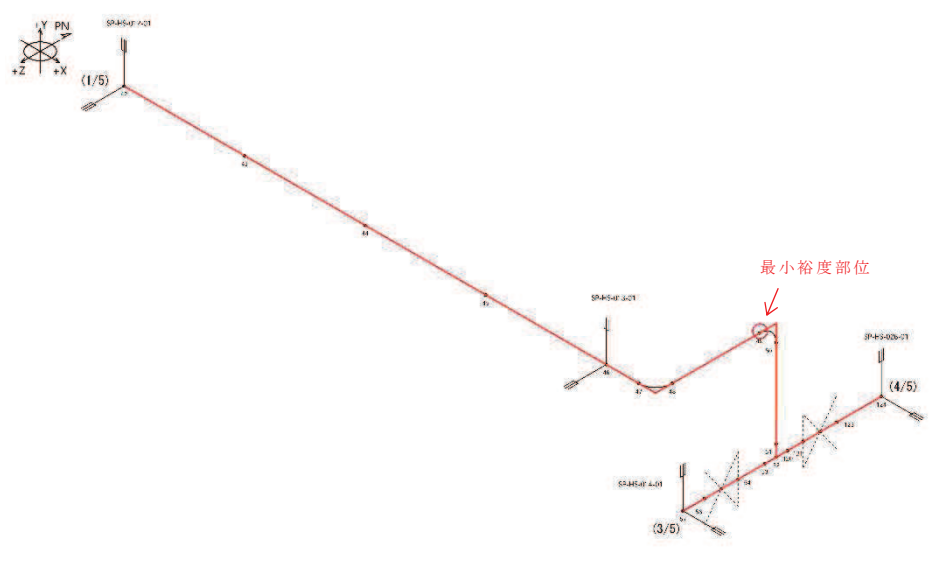
5.3-2 図 配管図 (2/7)

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（3/7）

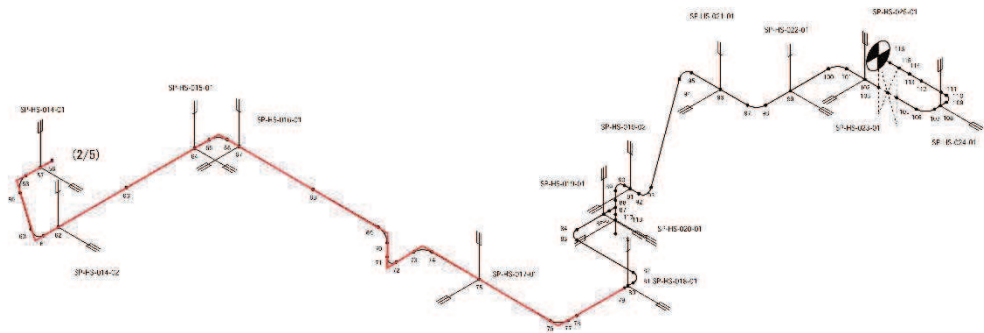
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-001-1	R/B	R-B1F-1	91	100
			R-B2F-1		



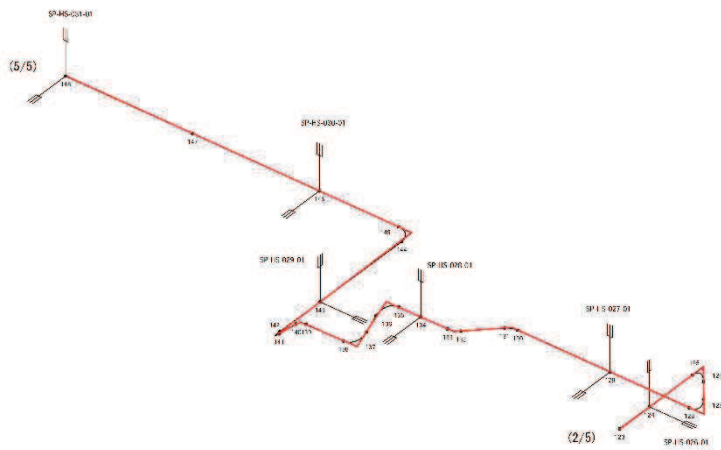
鳥瞰図 HS-001-1 (1/5)



鳥瞰図 HS-001-1 (2/5)



鳥瞰図 HS-001-1 (3/5)

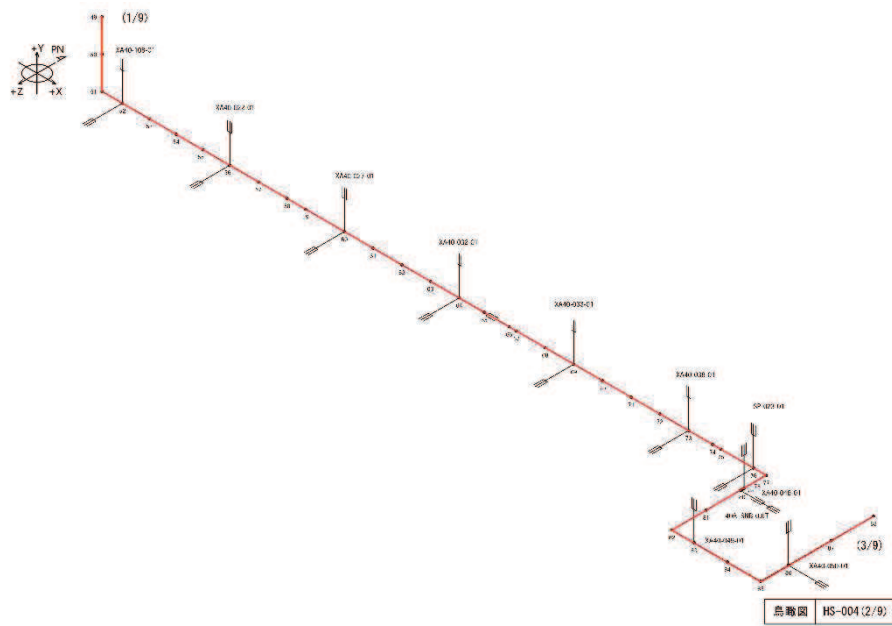
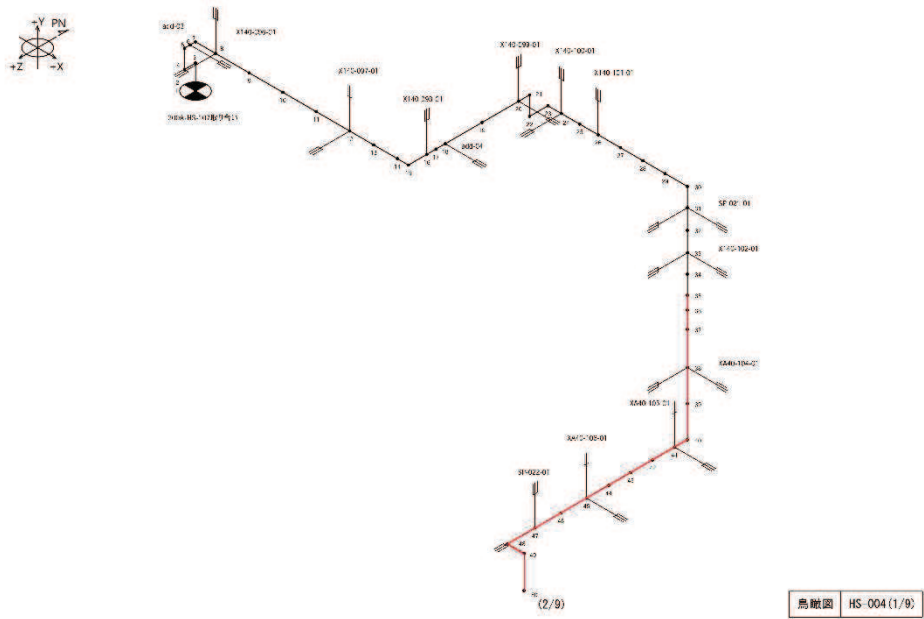


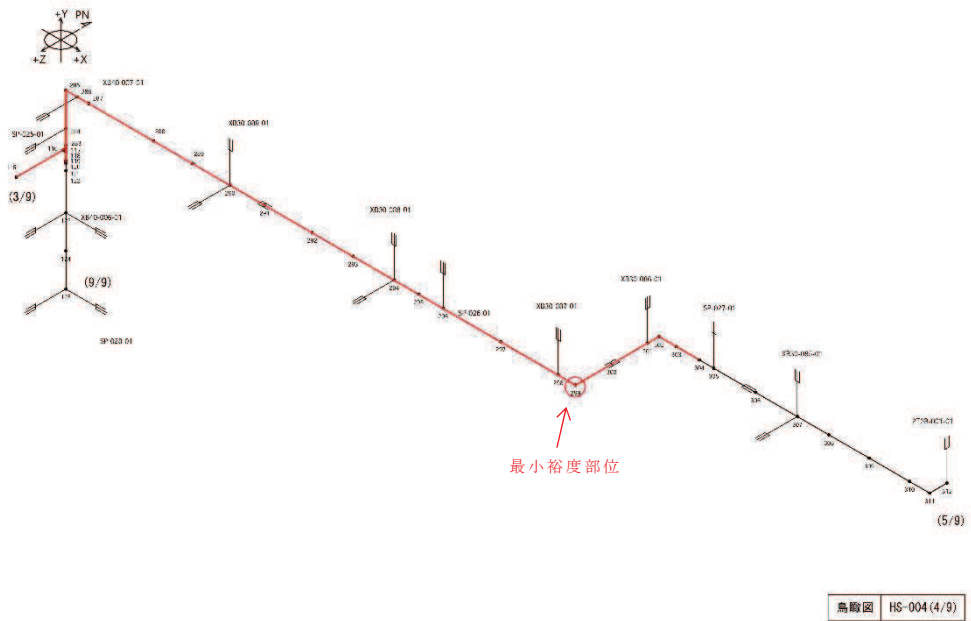
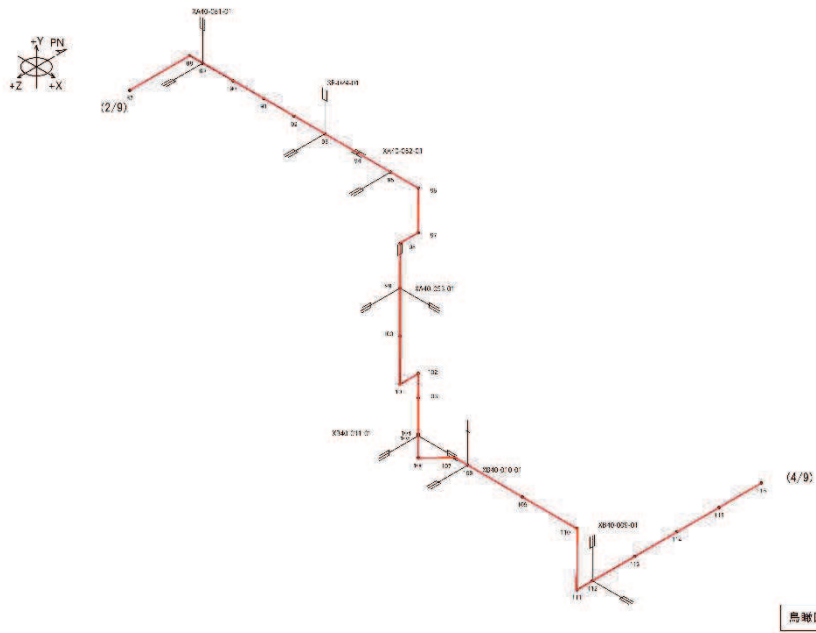
鳥瞰図 HS-001-1 (4/5)

5.3-2 図 配管図 (3/7)

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（4/7）

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-004	R/B	R-B1F-1	95	100
			R-B2F-1		
			R-B2F-5		

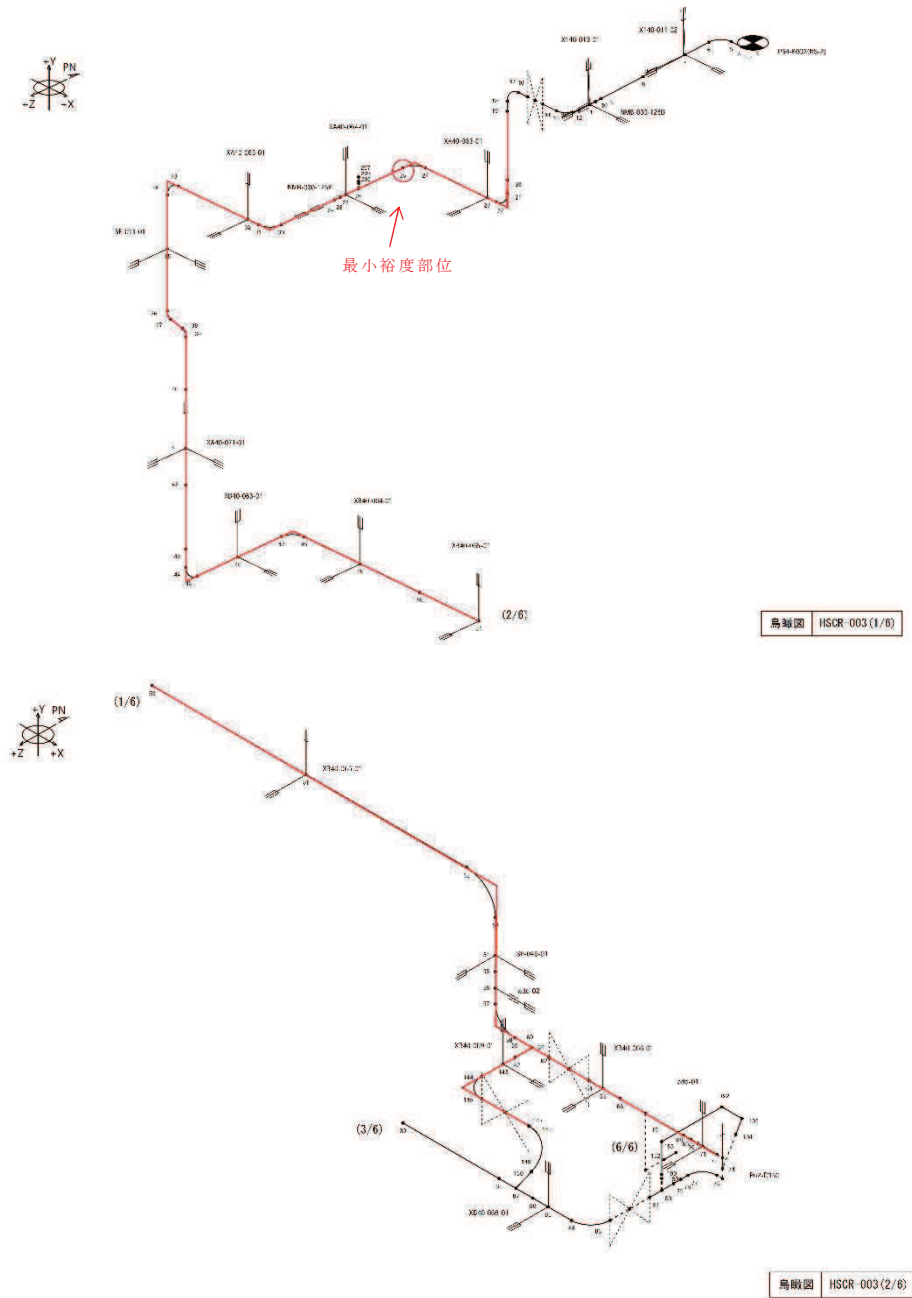




5.3-2 図 配管図 (4/7)

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（5/7）

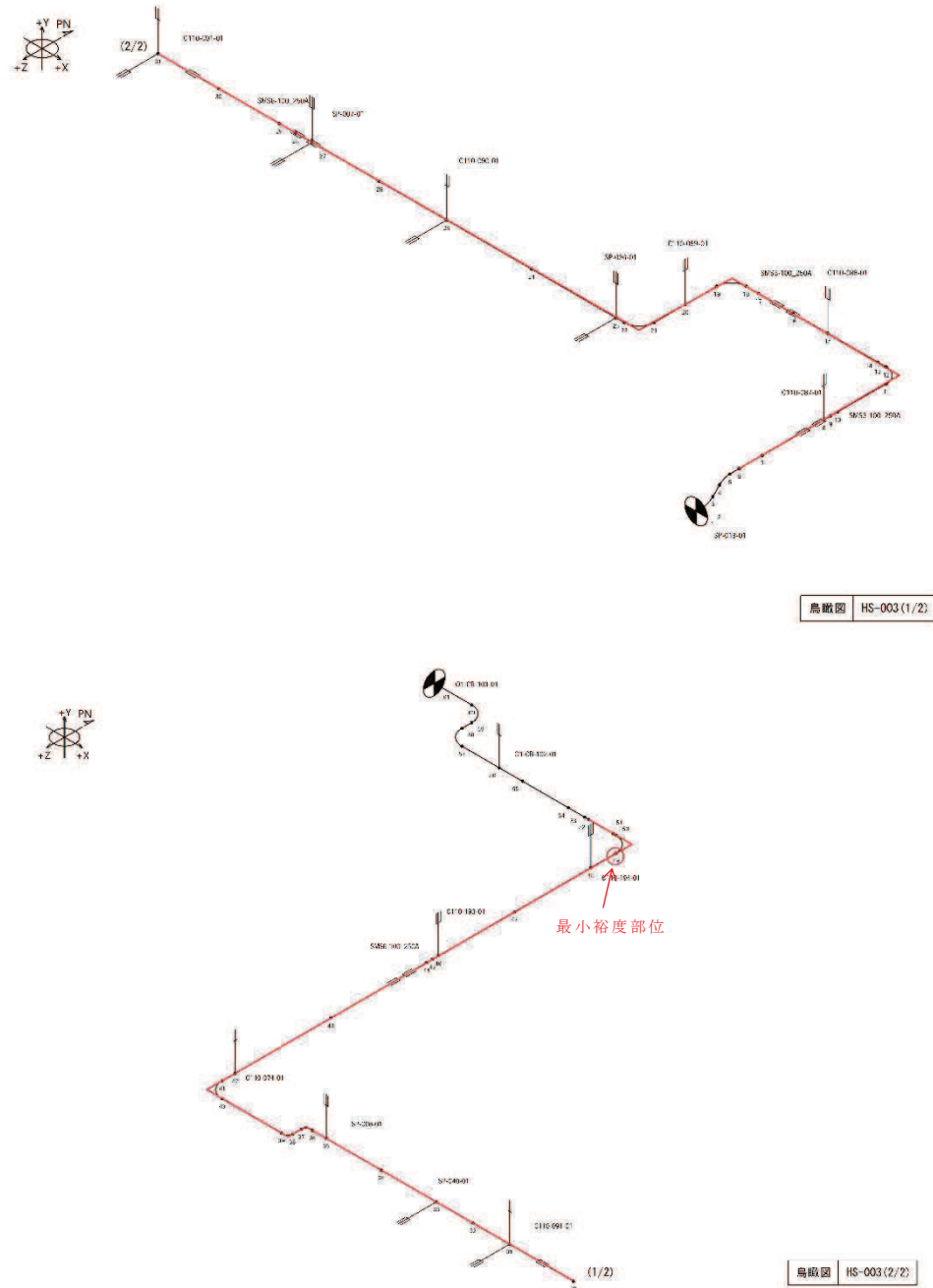
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HSCR-003	R/B	R-B1F-1	99	111
			R-B2F-1		



5.3-2 図 配管図（5/7）

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（6/7）

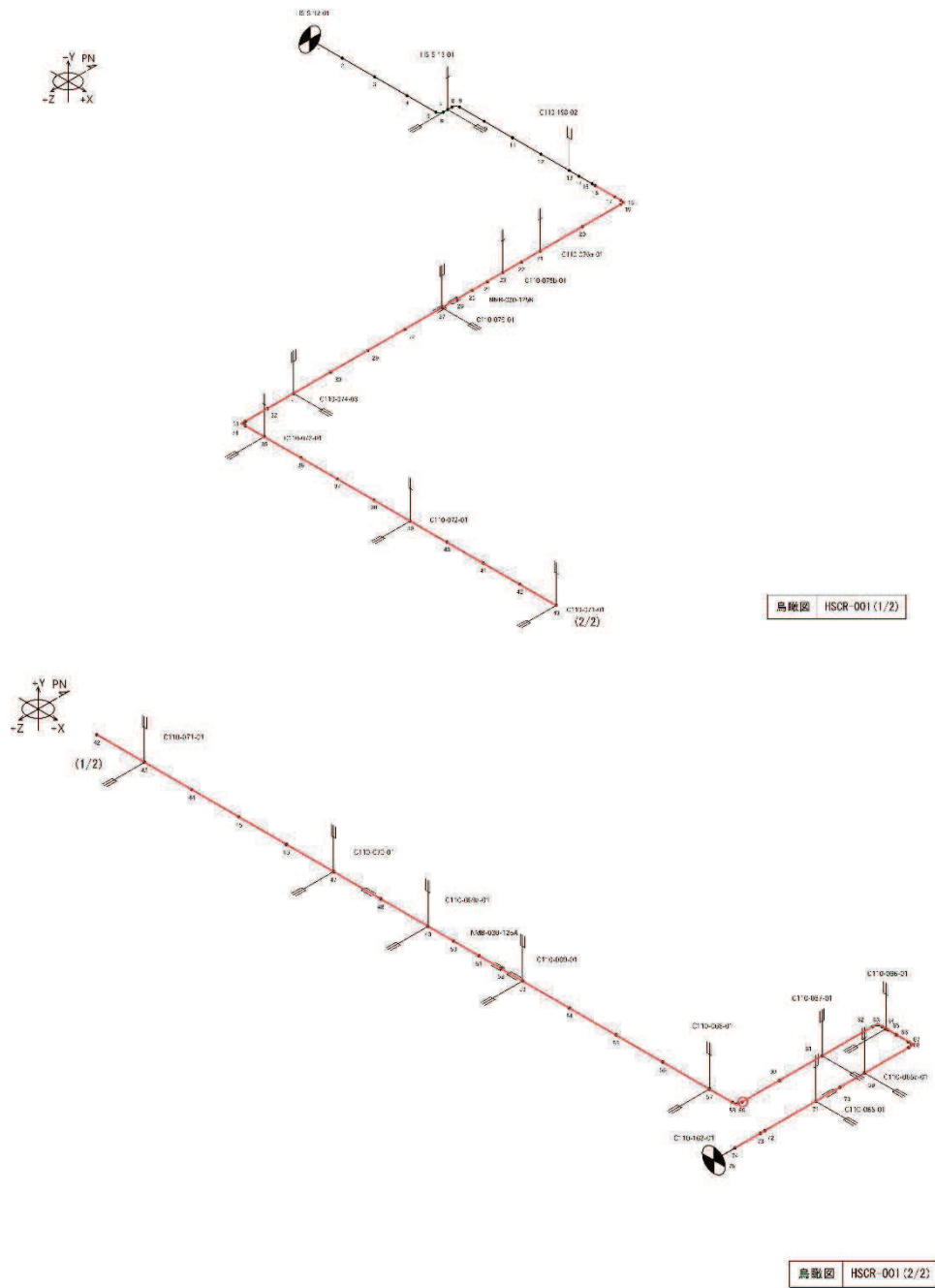
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-003	R/B	C-1F-1	99	100
			C-1F-3		



5.3-2 図 配管図 (6/7)

表 5.3-2 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（7/7）

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HSCR-001	C/B	C-1F-1	80	111
			C-1F-3		



5.3-2 図 配管図（7/7）

2. 低エネルギー配管の応力評価

女川原子力発電所第 2 号機において低エネルギー配管のうち想定破損除外の適用（応力評価）を実施する対象配管はクラス 2 又は非安全系の配管であることから、溢水ガイド附属書 A のクラス 2, 3 又は非安全系の配管に適用される計算式により応力評価を実施し、評価条件を満足することを確認する。

供用状態 A, B 及び(1/3)Sd 地震荷重に対して設計・建設規格 PPC-3530(1)b. の計算式により計算した（一次応力+二次応力） S_n が、設計・建設規格 PPC-3530(1)d. の計算式により求めた許容応力 S_a の 0.4 倍以下であることを確認する。

S_a の算出

設計・建設規格 PPC-3530(1)d. の計算式から算出する。

$$S_a = 1.25fS_c + (1.2 + 0.25f)S_h$$

【炭素鋼（STPG38）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 93 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 93 \\ &= 251.1 \end{aligned}$$

【炭素鋼（STS42）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 103 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 103 \\ &= 278.1 \end{aligned}$$

【炭素鋼（STPT49）】

$$\begin{aligned} S_a &= 1.25 \times 1.0 \times 120 + (1.2 + 0.25 \times 1.0) \times 120 \\ &= 324.0 \end{aligned}$$

ここで、

S_a : 許容応力 (MPa)

f : 許容応力低減係数 (= 1.0)

S_c : 室温における付録材料図表 Part5 に規定する材料の許容引張応力

S_h : 使用温度における付録材料図表 Part5 に規定する材料の許容引張応力

7000 回は約 20 年間毎日温度変化サイクルがあることを意味しており、通常の系では 7000 回以下と考えられる。

本システムにおいては毎日において有意な温度変化は受けないため、表 5.3-3 より、応力低減係数を 1.0 とした。

表 5.3-3 許容応力低減係数（設計・建設規格 PPC-3530 より抜粋）



設計・建設規格付録材料図表の抜粋を 5.3-3 図に示す。

破損想定除外を実施する低エネルギー配管の応力評価結果を表 5.3-4 に、評価を実施するモデルの配管図を 5.3-4 図に示す。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

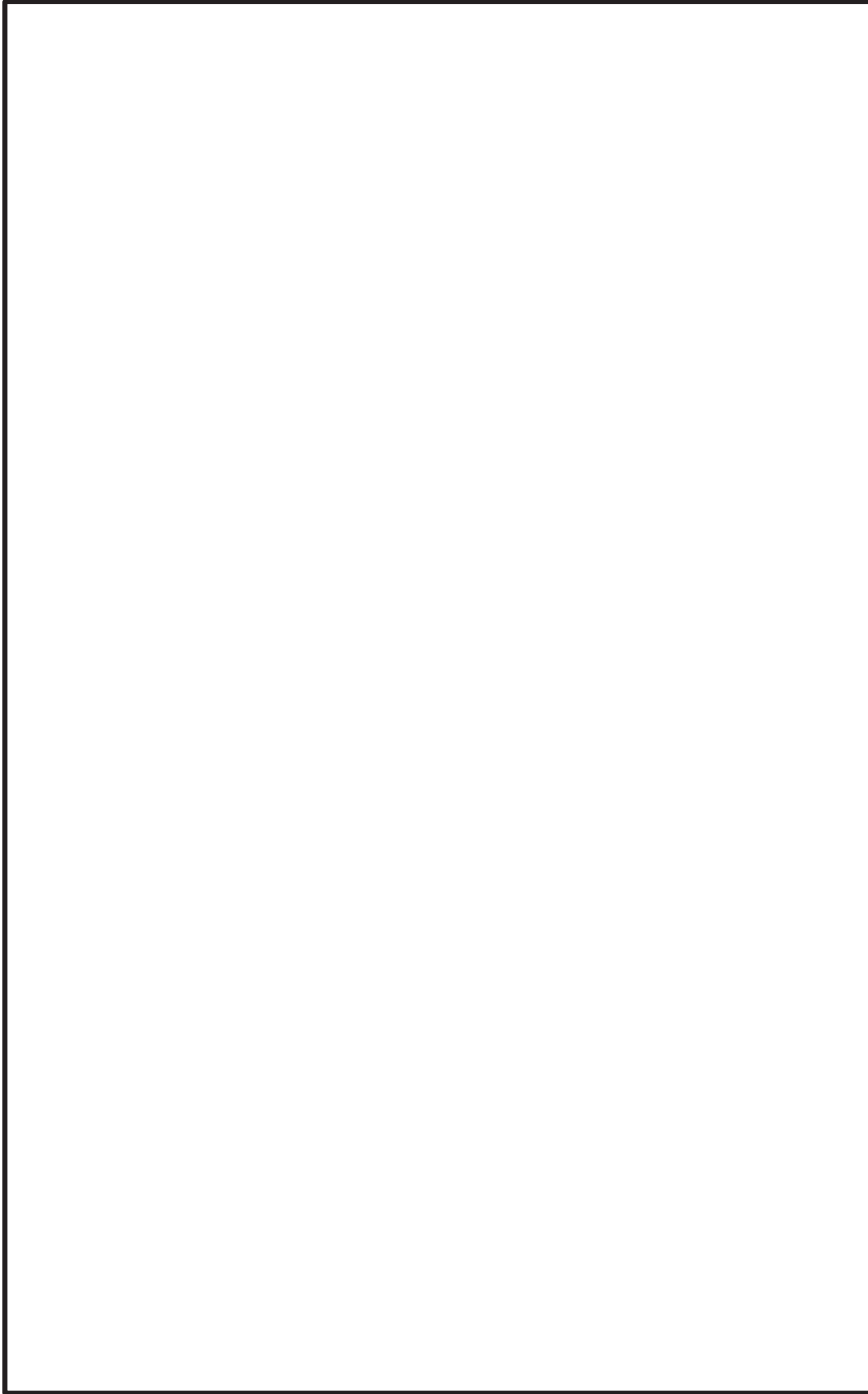
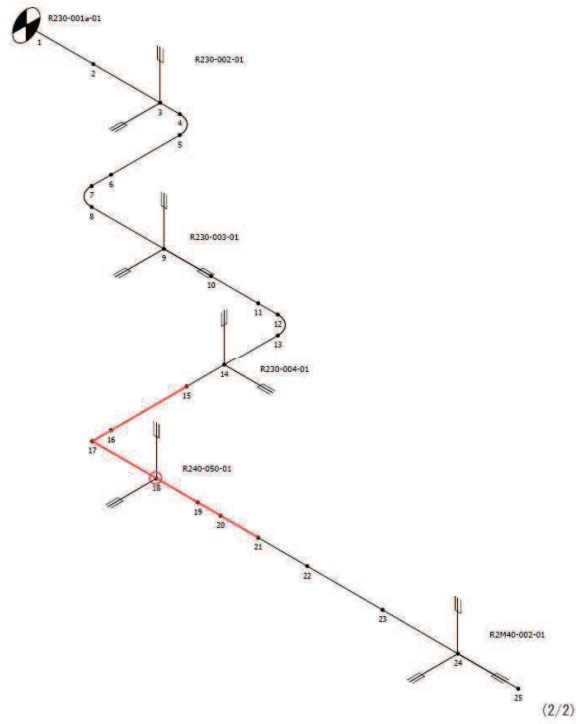


図 5.3-3 設計・建設規格 付録図表 (抜粋)

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 5.3-4 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（1/17）

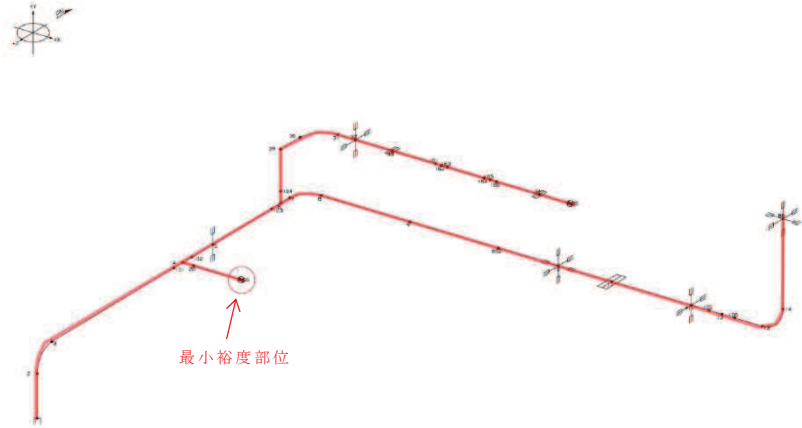
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
換気空調補機 常用冷却水系	HNCW-41-2	R/B	R-2F-1-1	50	100



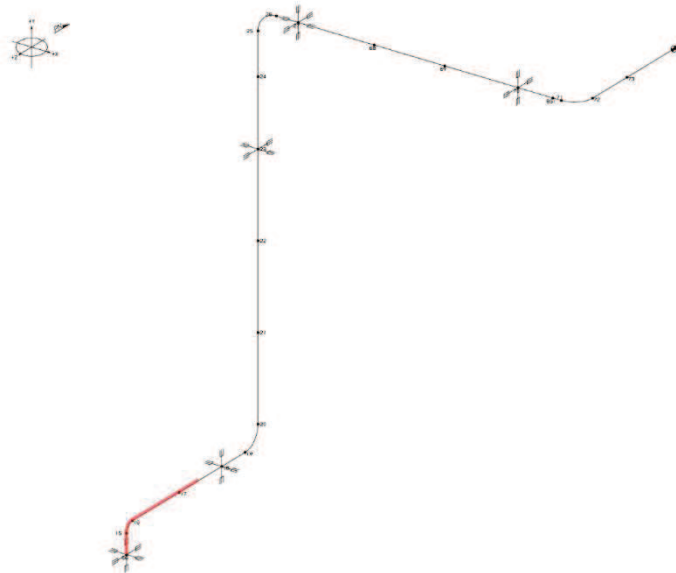
5.3-4 図 配管図（1/17）

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (2/17)

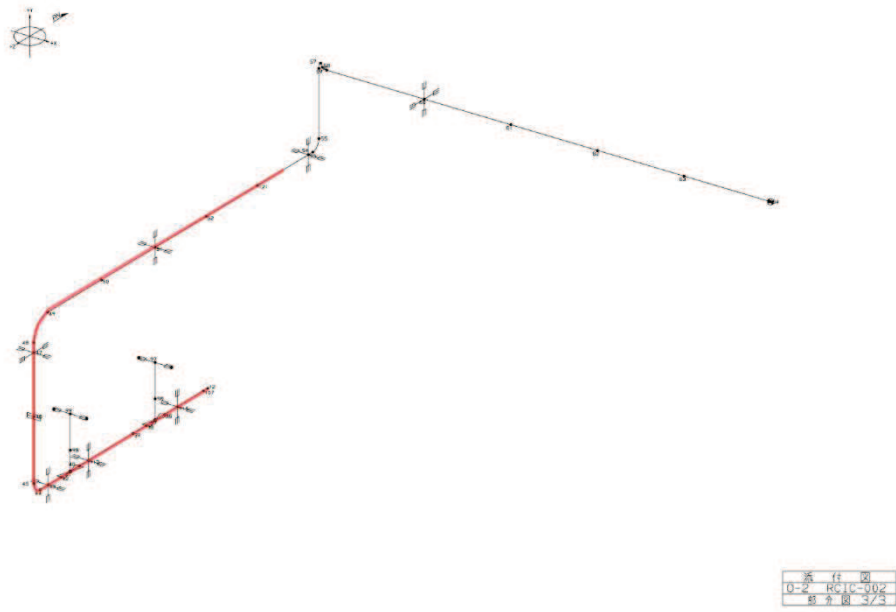
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
原子炉隔離時 冷却系	RCIC-002	R/B	R-B3F-2	115	129



添付図
0-2 RCIC-002
部分図 1/3



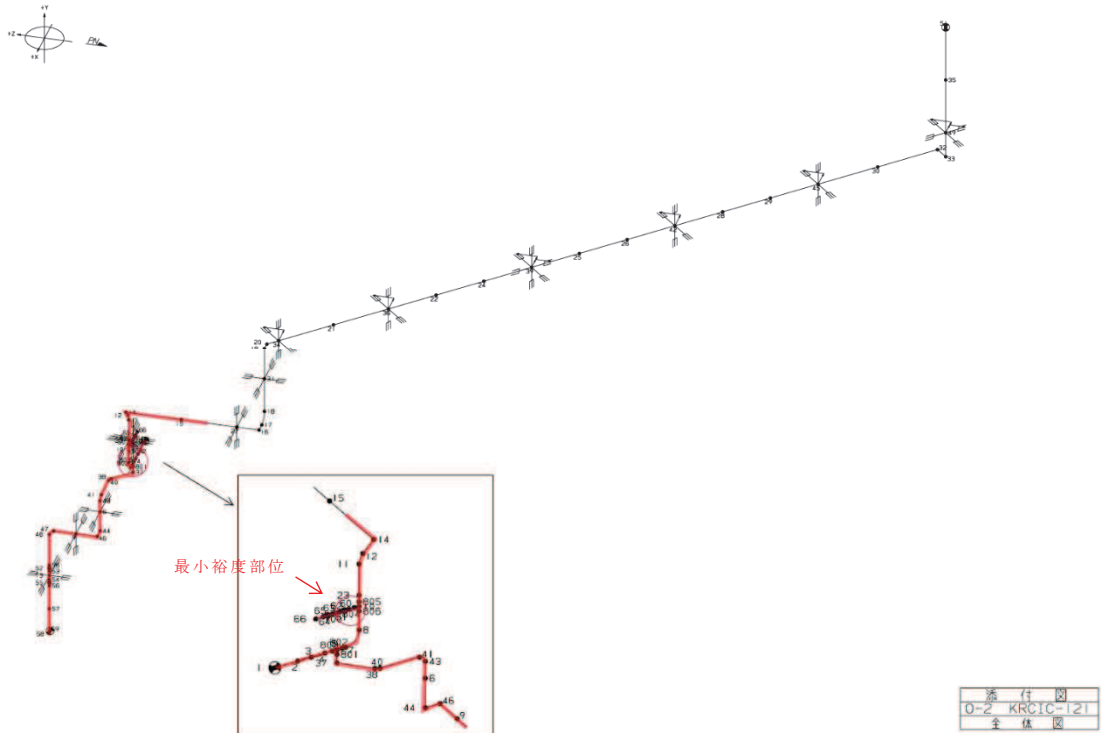
添付図
0-2 RCIC-002
部分図 2/3



5.3-4 图 配管图 (2/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (3/17)

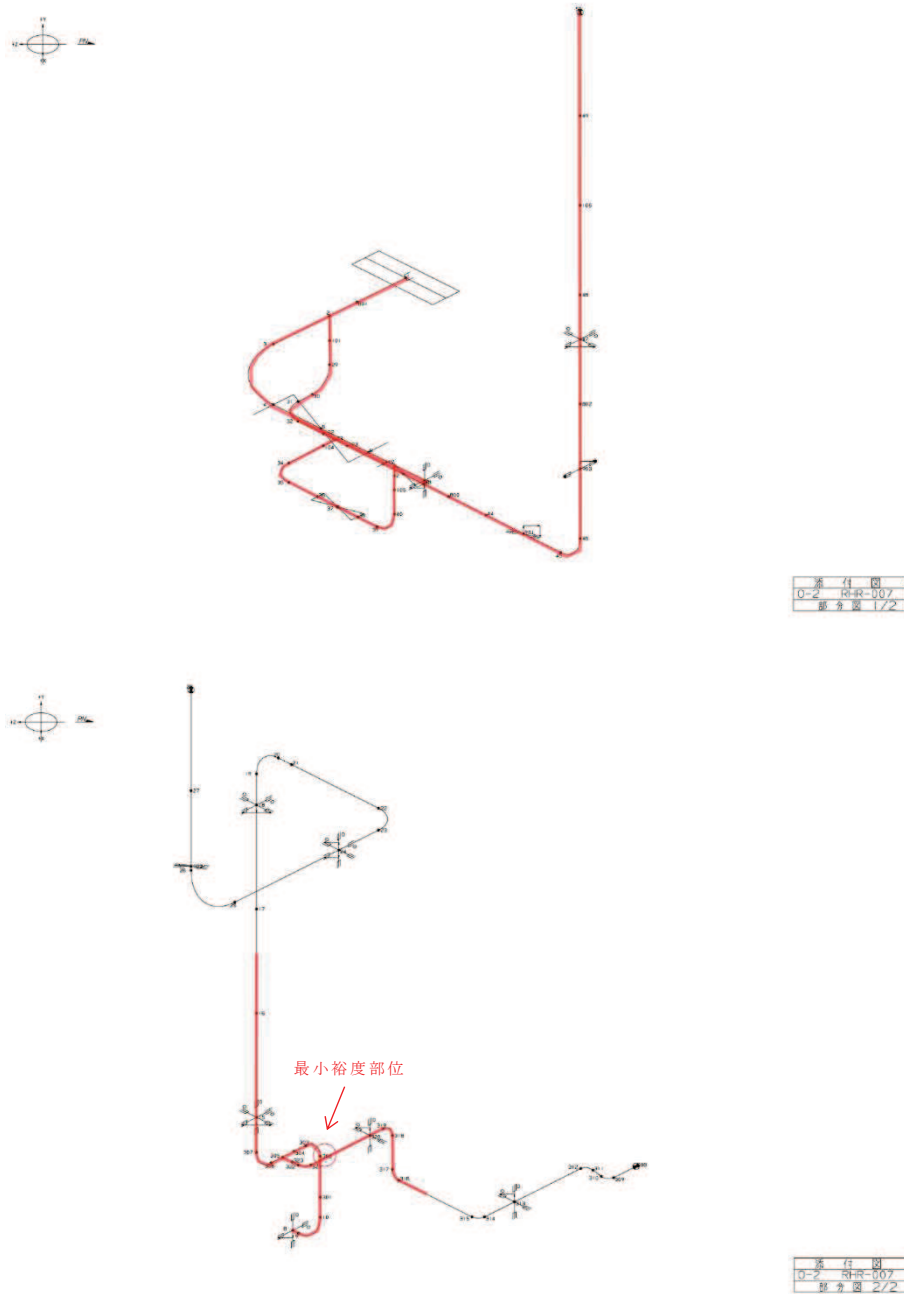
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
原子炉隔離時 冷却系	KRCIC-121	R/B	R-B3F-2	108	111



5.3-4 図 配管図 (3/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (4/17)

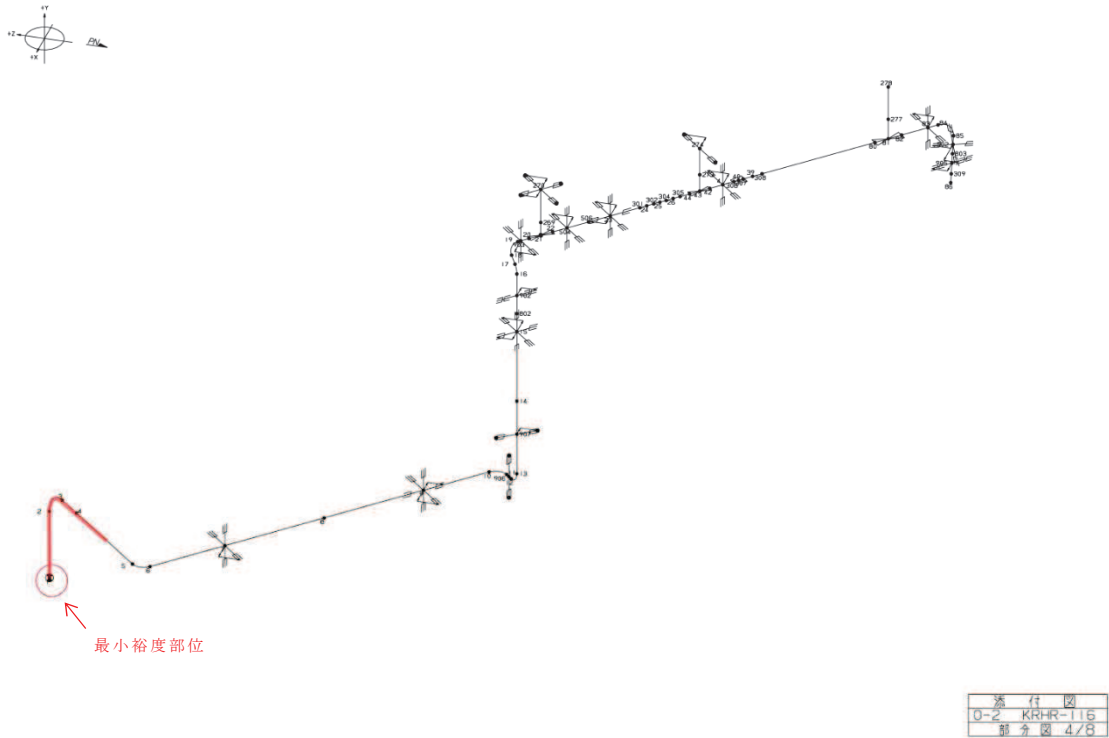
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-007	R/B	R-B3F-3	109	111



5.3-4 図 配管図 (4/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (5/17)

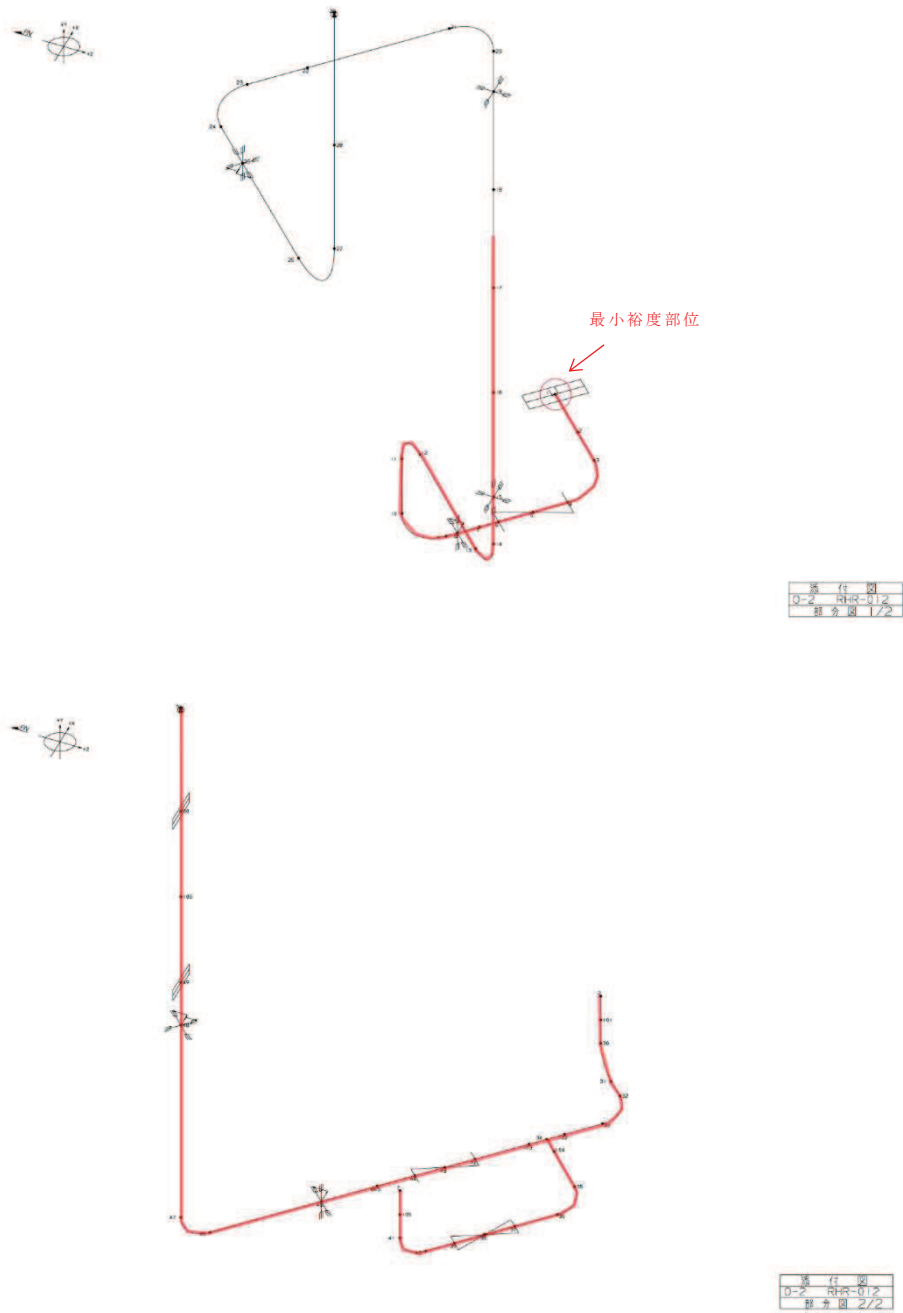
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	KRHR-116	R/B	R-B3F-3	92	111



5.3-4 図 配管図 (5/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (6/17)

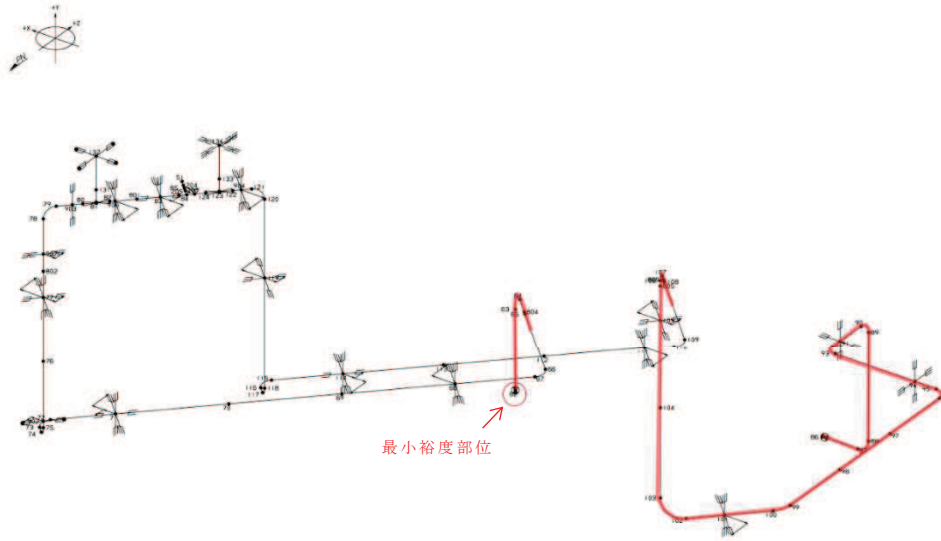
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-012	R/B	R-B3F-6	87	111



5.3-4 図 配管図 (6/17)

表 5.3-4 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（7/17）

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	KRHR-146	R/B	R-B3F-6	102	111
			R-B3F-7		

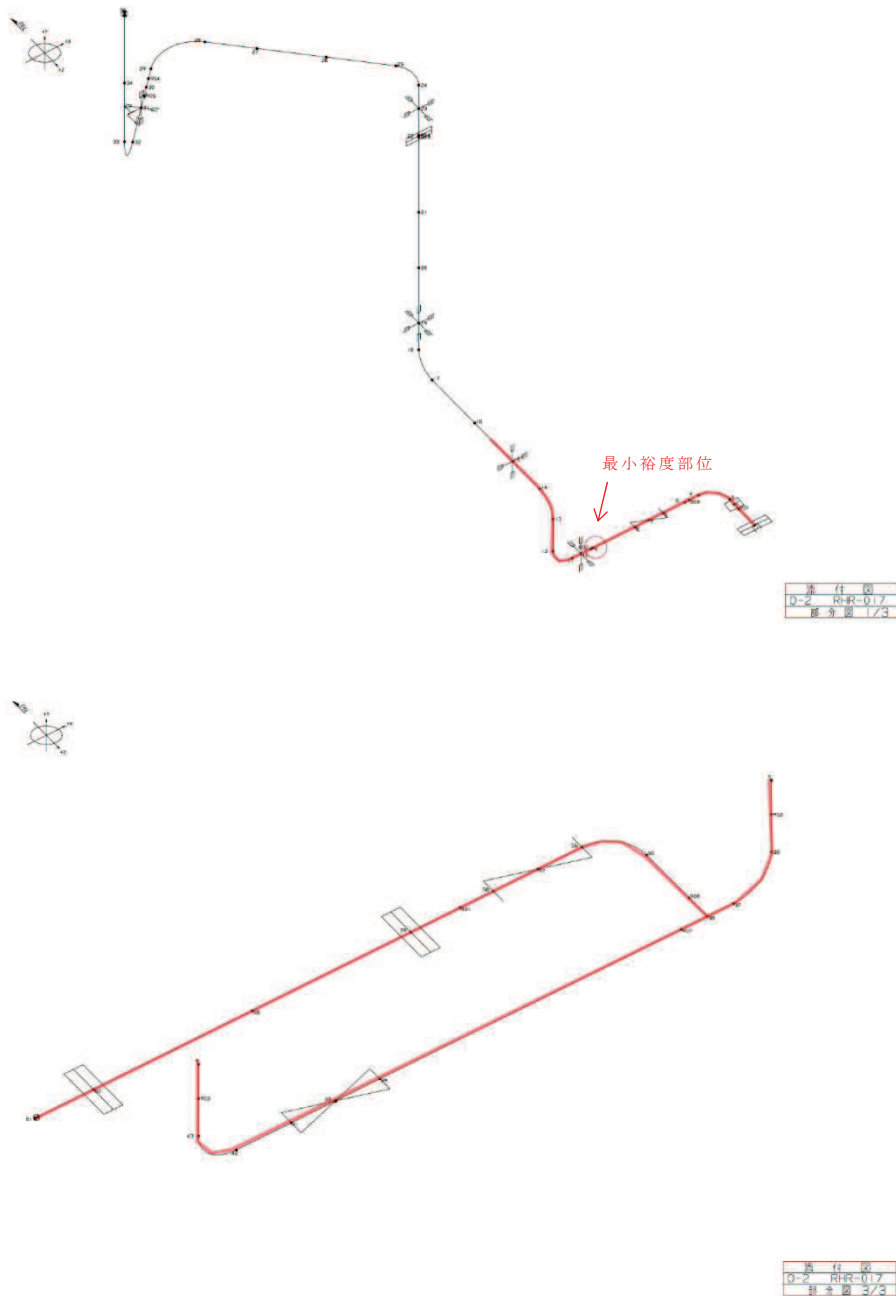


添付図
0-2 KRHR-146
部分図 3/3

5.3-4 図 配管図（7/17）

表 5.3-4 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（8/17）

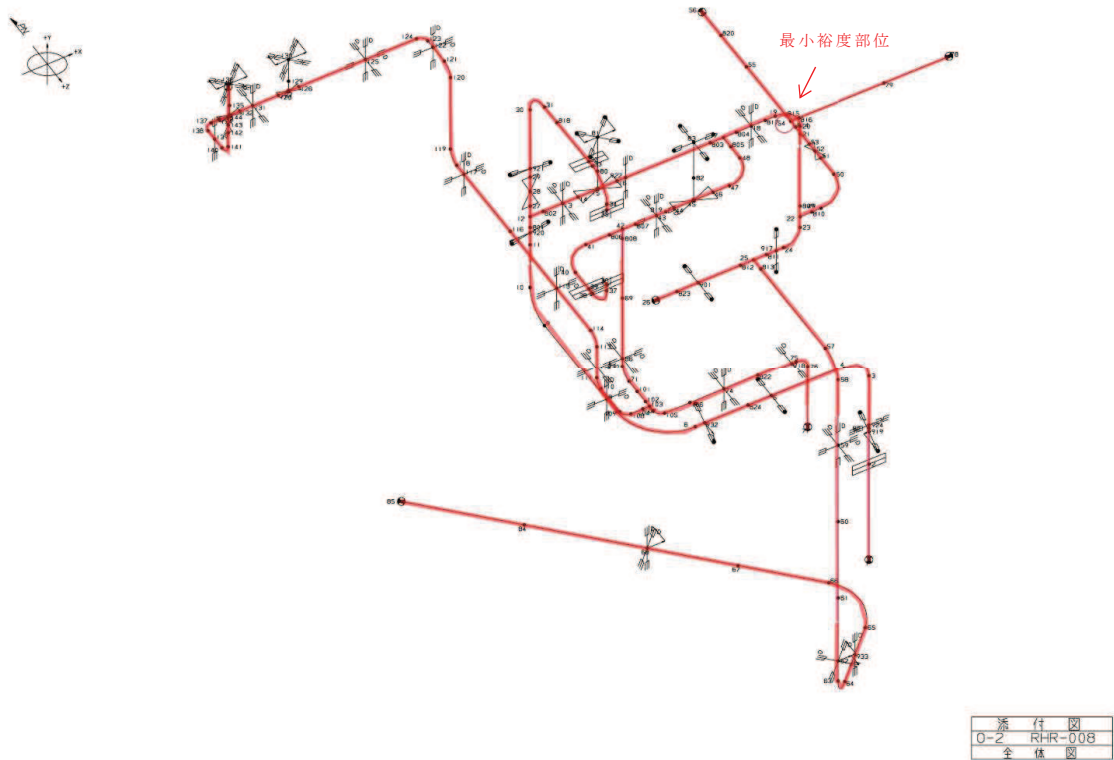
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-017	R/B	R-B3F-7	69	111



5.3-4 図 配管図（8/17）

表 5.3-4 応力評価結果（3次元はりモデルによる評価）（9/17）

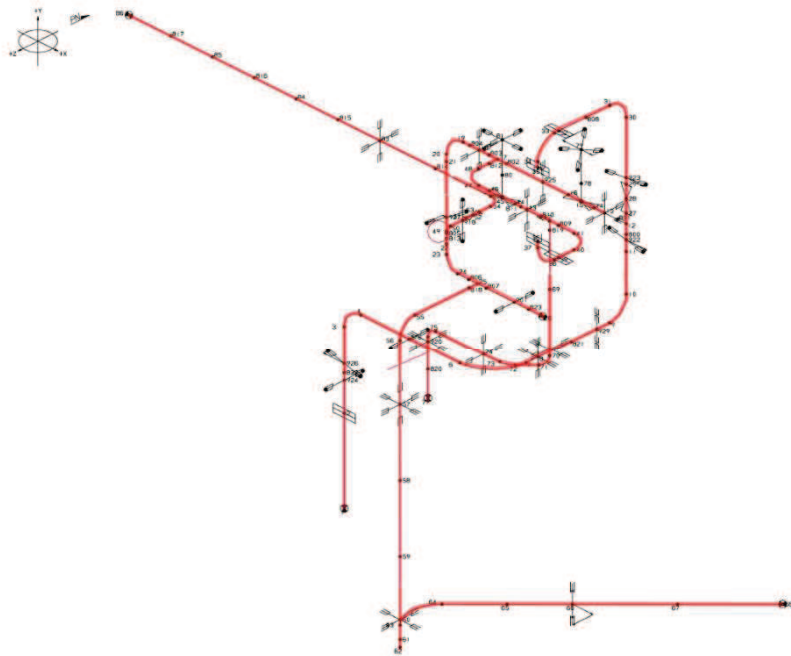
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-008	R/B	R-1F-1	102	111
			R-1F-2		
			R-B1F-3-2		
			R-B1F-13		
			R-MB1F-1		
			R-B3F-10		



5.3-4 図 配管図（9/17）

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (10/17)

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
残留熱除去系	RHR-013	R/B	R-1F-11	110	111
			R-B1F-3-2		
			R-B1F-14		
			R-MB1F-2		
			R-B3F-10		

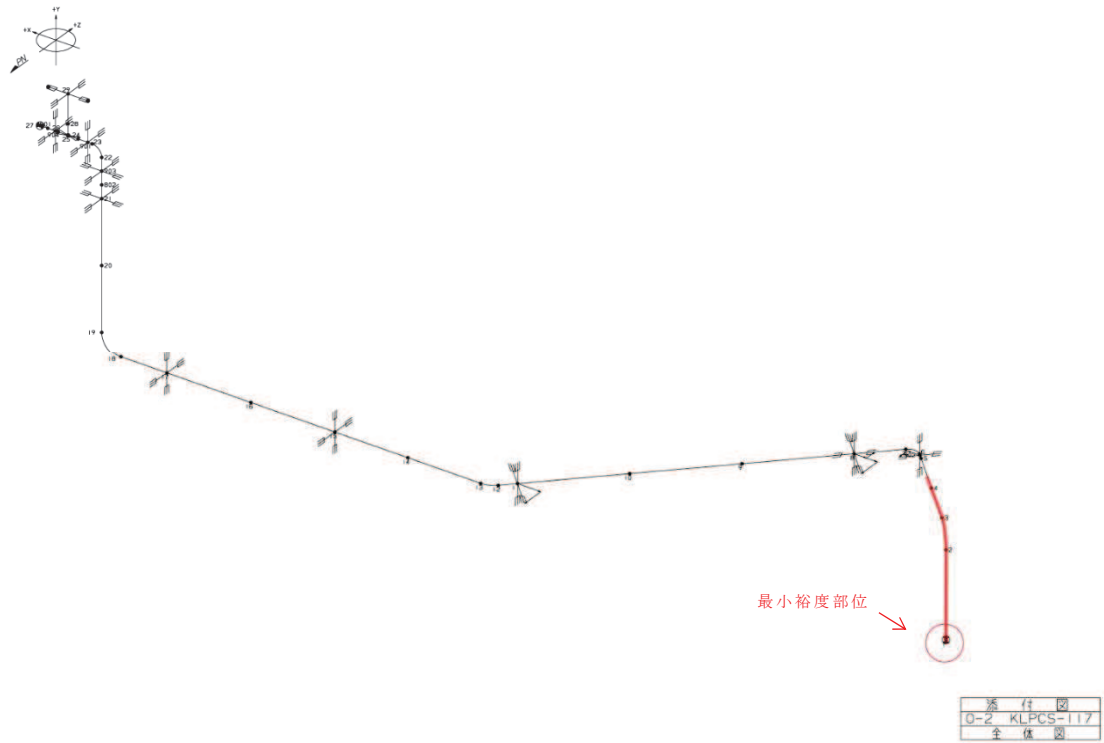


添付図
0-2 RHR-013
全図

5.3-4 図 配管図 (10/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (11/17)

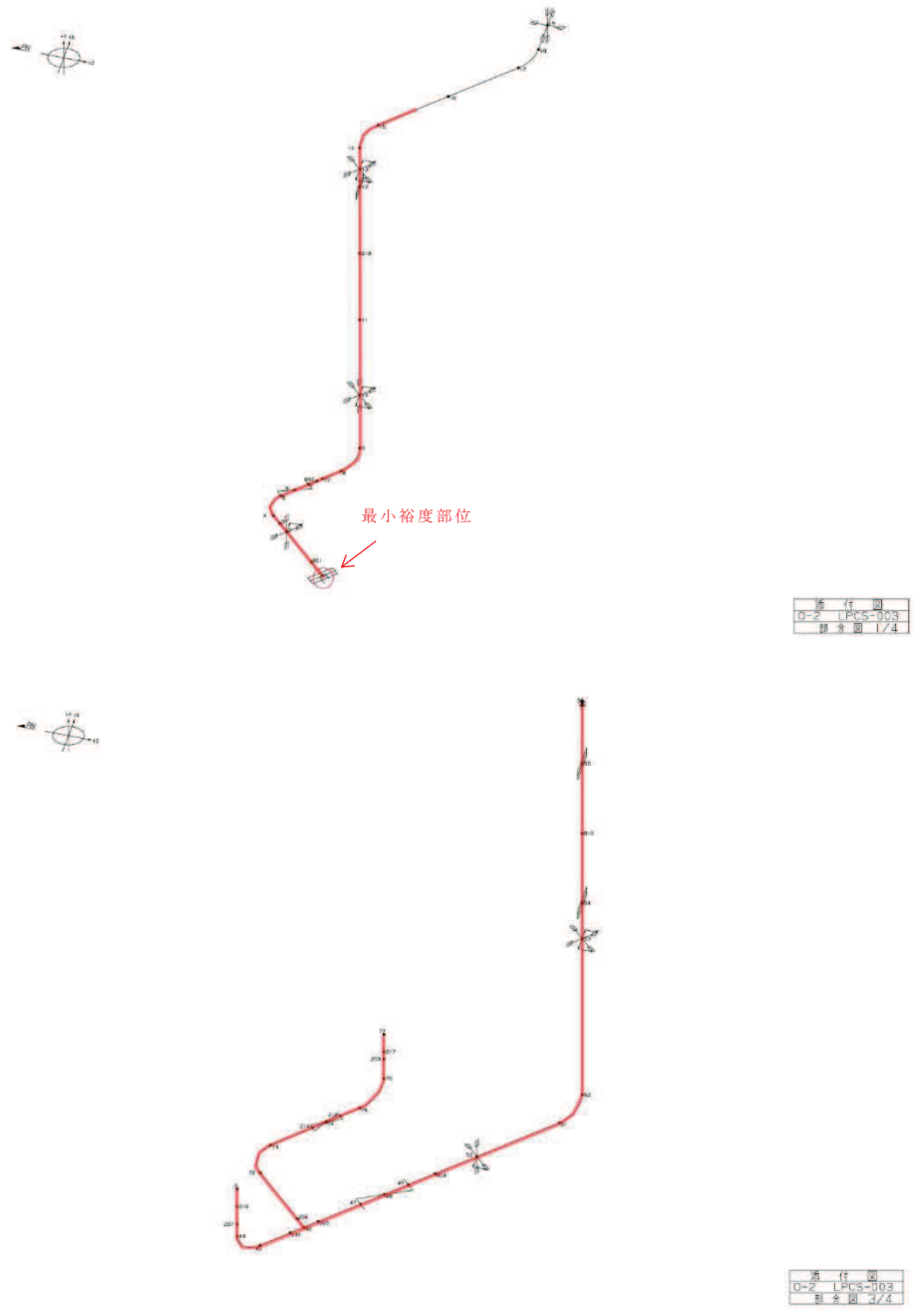
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
低圧炉心 スプレイ系	KLPCS-117	R/B	R-B3F-4	63	111



5.3-4 図 配管図 (11/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (12/17)

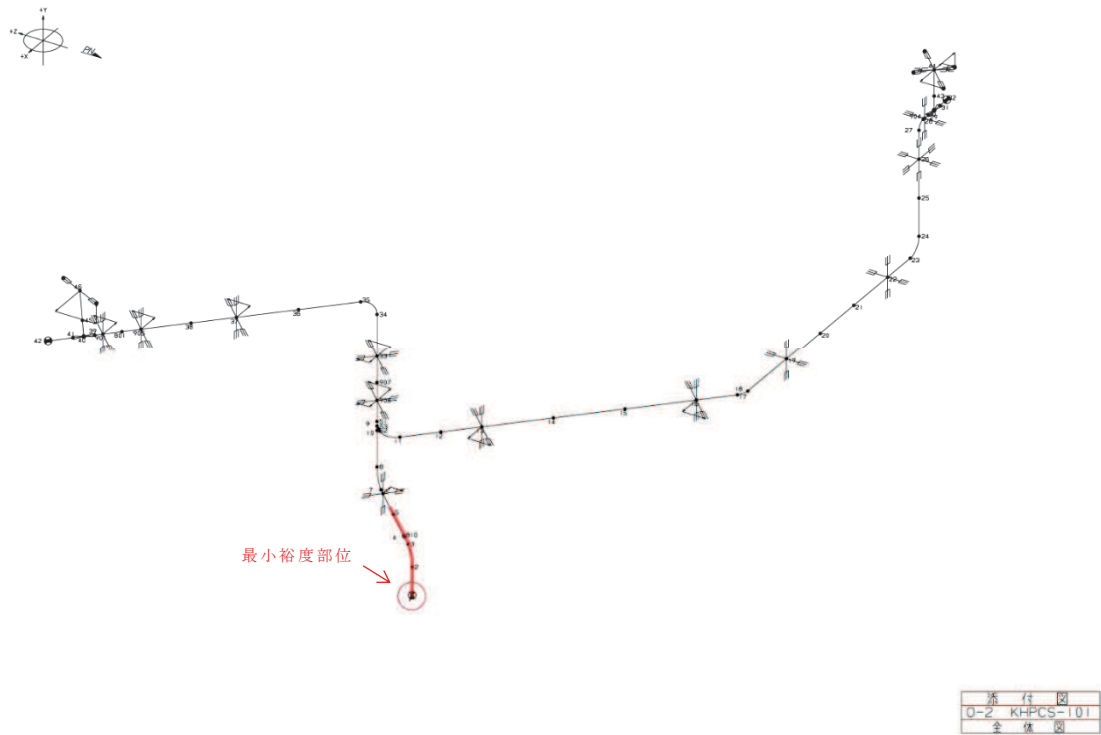
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
低圧炉心 スプレイ系	LPCS-003	R/B	R-B3F-4	93	111



5.3-4 図 配管図 (12/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (13/17)

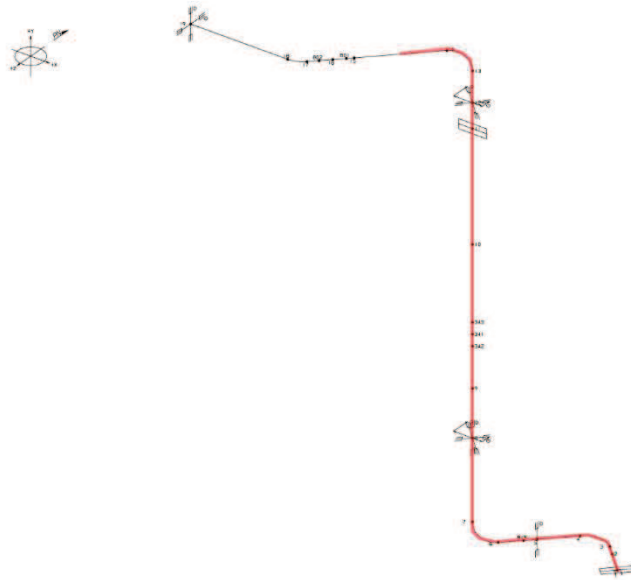
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
高圧炉心 スプレイ系	KHPCS-101	R/B	R-B3F-5	62	111



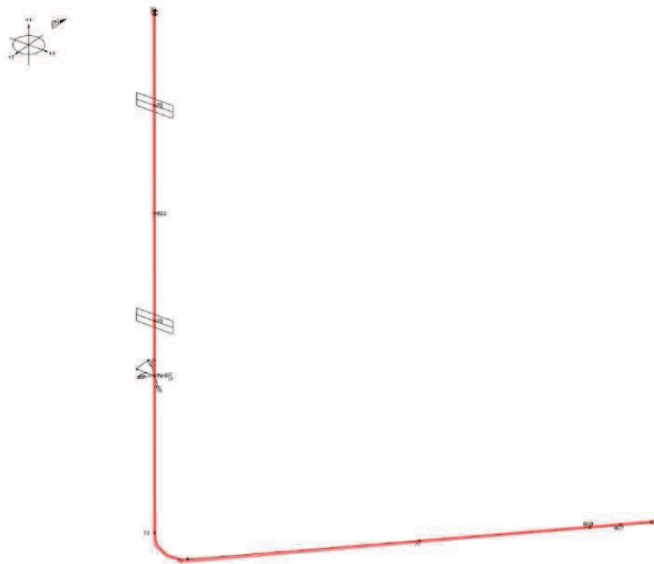
5.3-4 図 配管図 (13/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (14/17)

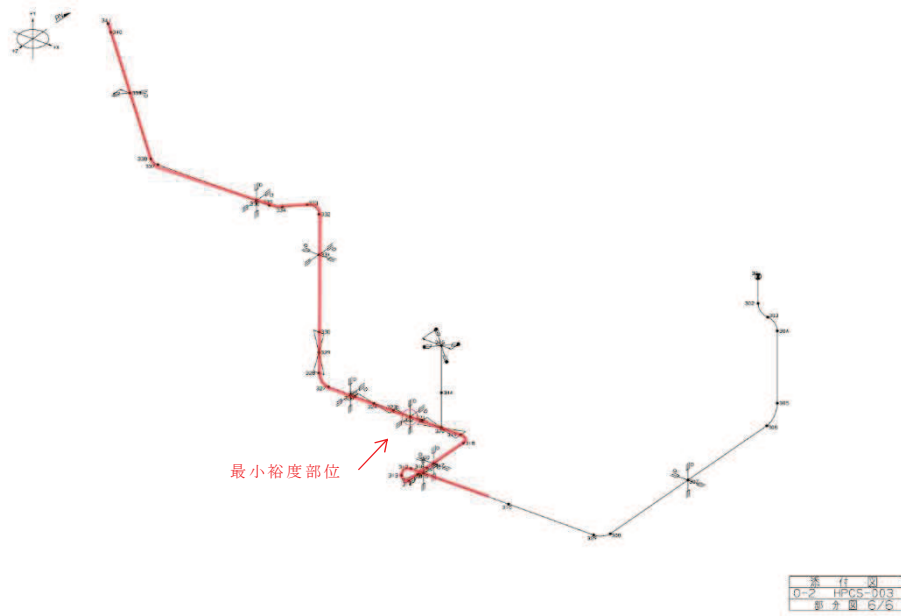
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
高圧炉心 スプレイ系	HPCS-003	R/B	R-B2F-3	97	111
			R-B3F-5		



添付図
D-2 HPCS-003
部分図 1/2



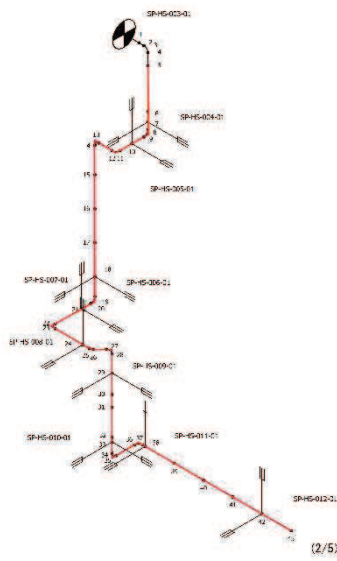
添付図
D-2 HPCS-003
部分図 3/6



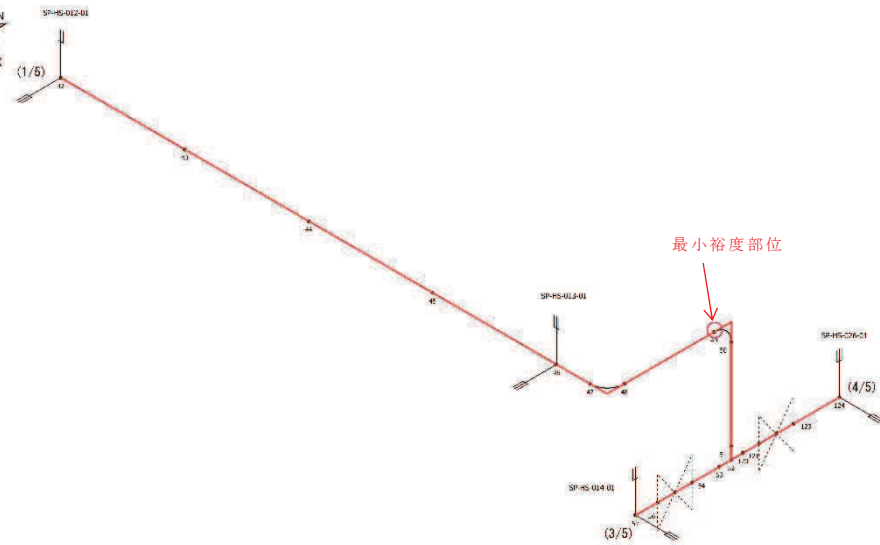
5.3-4 图 配管图 (14/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (15/17)

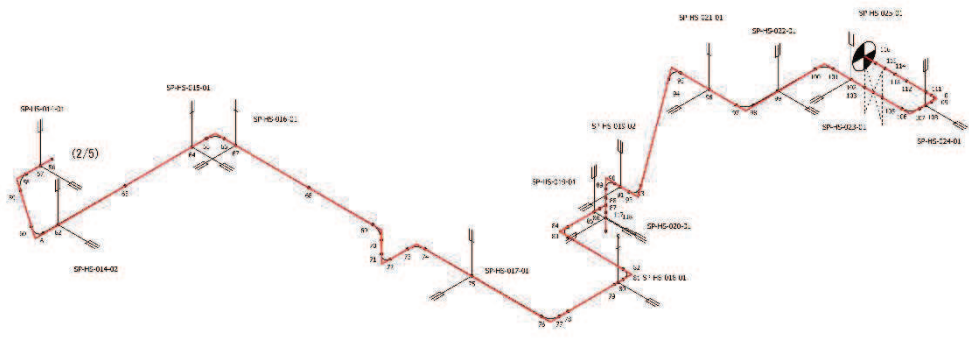
系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-001-1	R/B	R-B1F-1	91	100
			R-B2F-1		
			R-B2F-6		
			R-B3F-2		



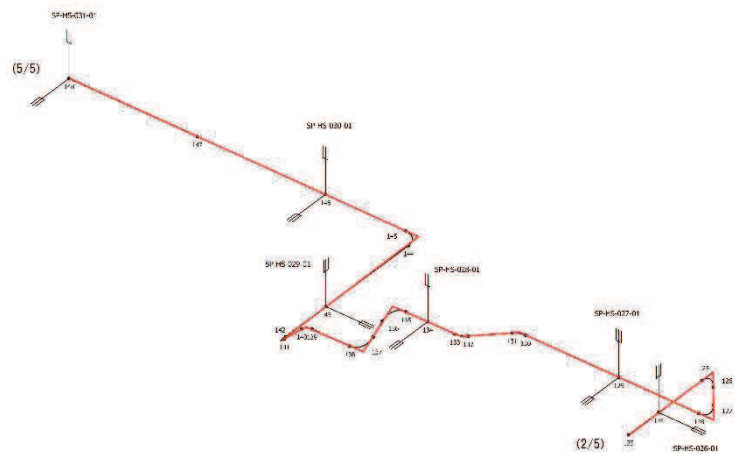
鳥瞰図 HS-001-1 (1/5)



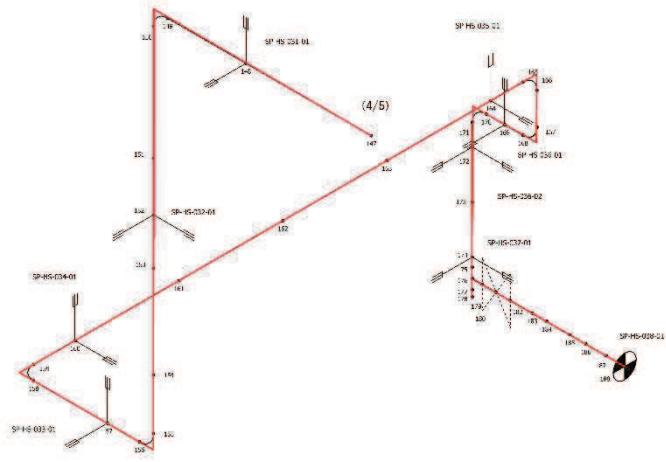
鳥瞰図 HS-001-1 (2/5)



鳥瞰図 HS-001-1(3/5)



鳥瞰図 HS-001-1(4/5)

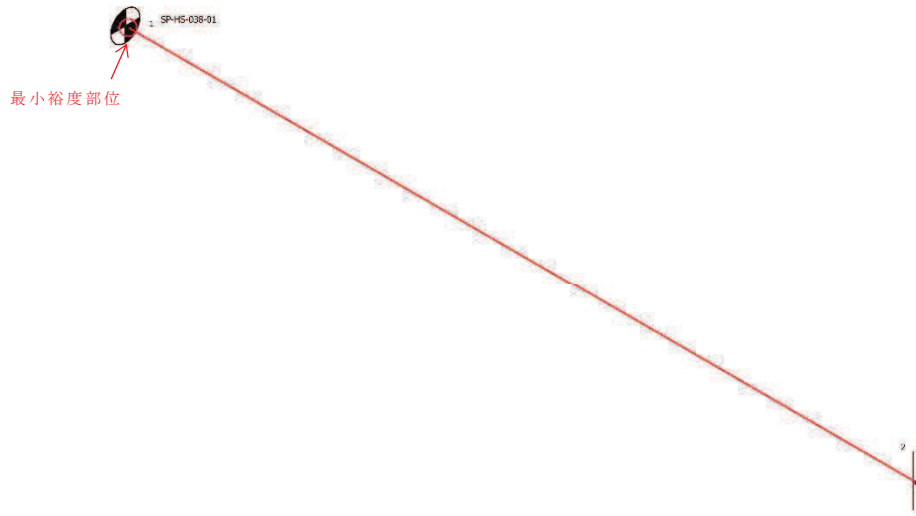


鳥瞰図 HS-001-1 (5/5)

5.3-4 図 配管図 (15/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (16/17)

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-001-2	R/B	R-B3F-2	7	100

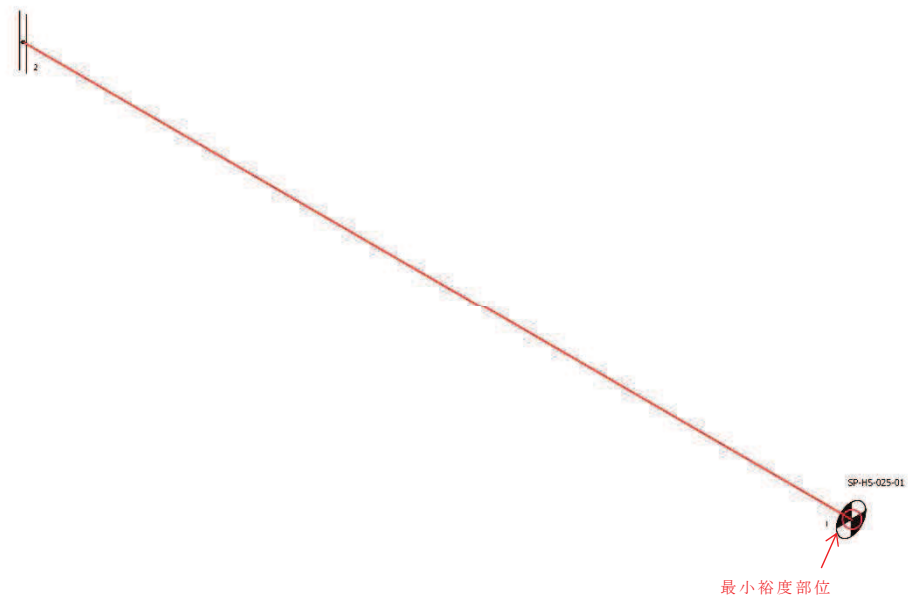


鳥瞰図 HS-001-2

5.3-4 図 配管図 (16/17)

表 5.3-4 応力評価結果 (3次元はりモデルによる評価) (17/17)

系統名称	評価モデル番号	建屋	区画名称	発生応力 (MPa)	許容値 0.4Sa (MPa)
加熱蒸気及び 復水戻り系	HS-001-3	R/B	R-B2F-6	7	100



鳥瞰図 HS-001-3

5.3-4 図 配管図 (17/17)

5.4 想定破損における減肉の考慮について

1. 概要

配管破損の想定にあたっては、「原子力発電所の内部溢水影響評価ガイド」（以下「評価ガイド」という。）の附属書A「流体を内包する配管の破損による溢水詳細評価手法について」を参照して破損形状を特定している。

評価ガイドでは、「2.2 減肉による破損」の想定にあたっては、「注2) 設計や管理と破損の想定について」のただし書きとして、「減肉対策として当該部部の肉厚測定を非破壊検査によって定期的実施している等、当該部位の材料のき裂状況や減肉状況を定期的に直接把握している場合は、破損による漏えいを確実に防止できることから、破損を想定しなくてもよい。」とある。

ここで、女川原子力発電所第2号機において、上記の規定に基づき、内部溢水の影響評価上、破損を想定しないこととする高エネルギー及び低エネルギー配管については、減肉の有無を確認し、今後の運用において減肉等による破損がないこととする。以下に、減肉の有無の確認方法と結果を示す。

2. 対象系統の抽出及び腐食モード等の検討

2.1 対象とする系統

想定破損を除外する系統の内、定期事業者検査において非破壊検査による配管よる配管肉厚測定を実施している加熱蒸気及び復水戻り系は除外とし、これ以外の減肉量を直接かつ定期的に管理していない系統を対象とする。

2.2 材料

内部溢水評価において想定破損を除外する配管は、全て炭素鋼配管である。

2.3 腐食モード

配管強度に影響をおよぼす腐食モードとしては、流れ加速型腐食（FAC）及び全面腐食が考えられるが、低温配管については、FACの感受性が低いことから、主に全面腐食を検討する。

2.4 水質

炭素鋼の全面腐食の加速因子として支配的なものは、溶存酸素、pH、塩分濃度、水室条件である。想定破損を除外する系統の水源は純水タンク、復水貯蔵タンク、サプレッションプールである。

以上の検討結果より肉厚測定対象系統及び肉厚測定箇所を考え方を表 5.4-1 に示し、また肉厚測定箇所を図 5.4-1 に示す。

表 5.4-1 肉厚測定対象系統及び肉厚測定箇所の考え方

肉厚測定対象系統	系統概要	肉厚測定箇所
HNCW	内包水は純水であり、防食剤を含む定常的な流れのある系統 内包水は復水であり、防食剤を含まず、定常的な流れがない系統（系統試験時は流れあり）	想定破損を除外する範囲において、減肉が想定される箇所（配管エルボ部、ポンプ吐出など）を選定
RHR		
LPCS		
HPCS		
RCIC		

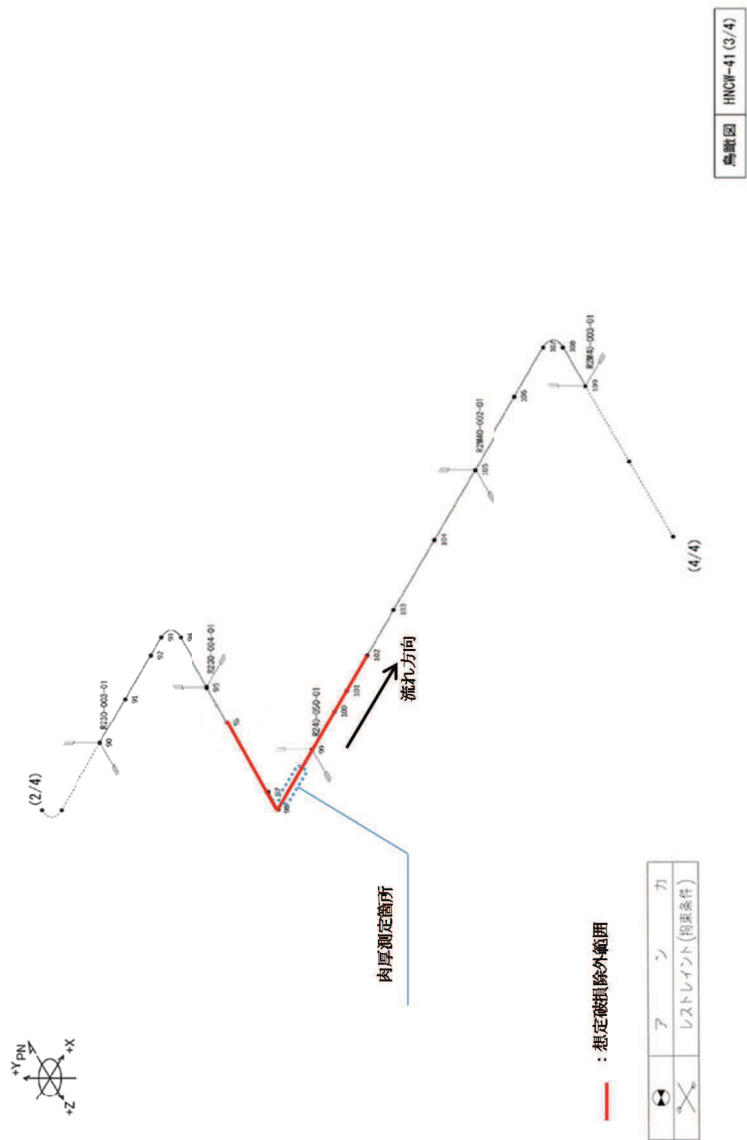


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (1/6)

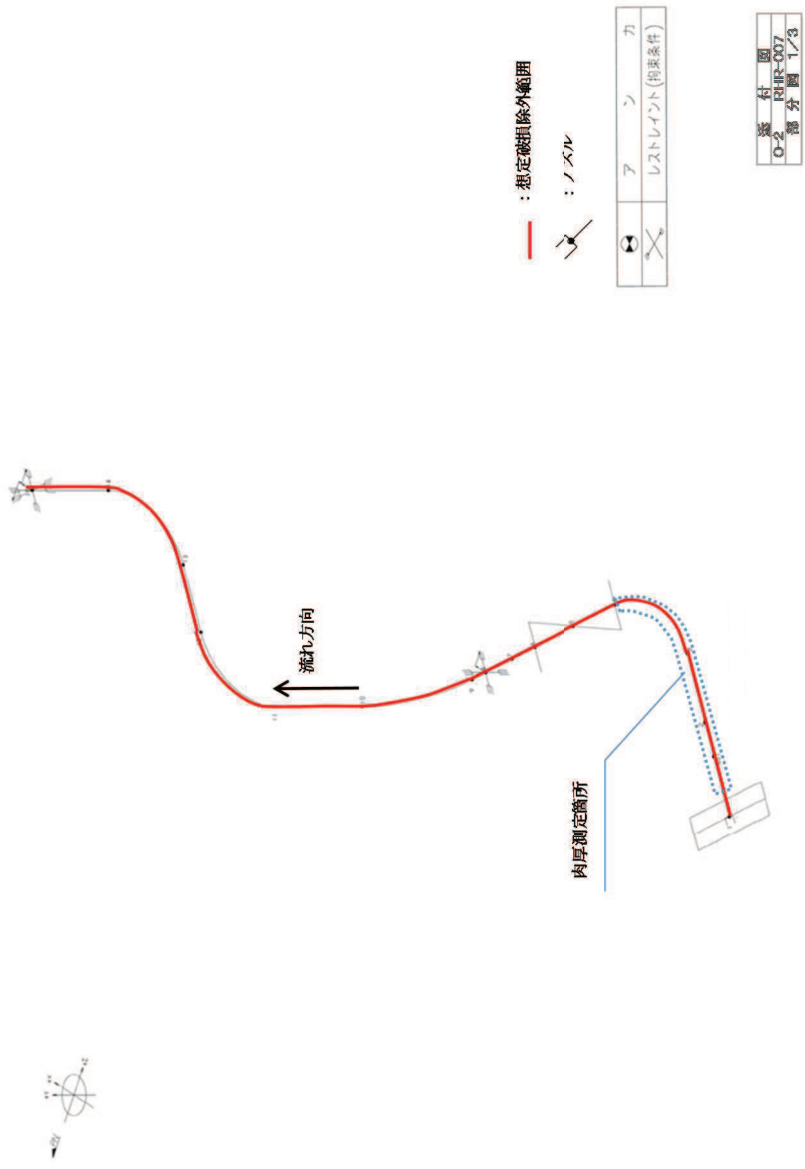


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (2/6)

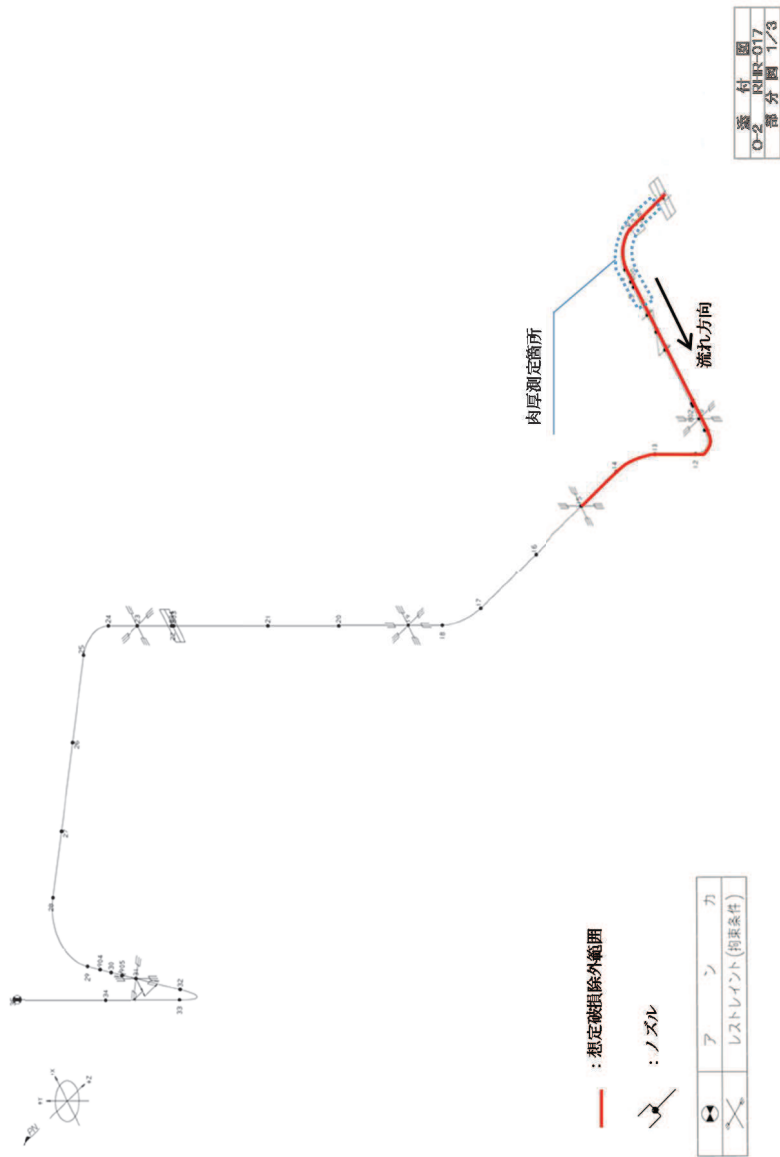


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (3/6)

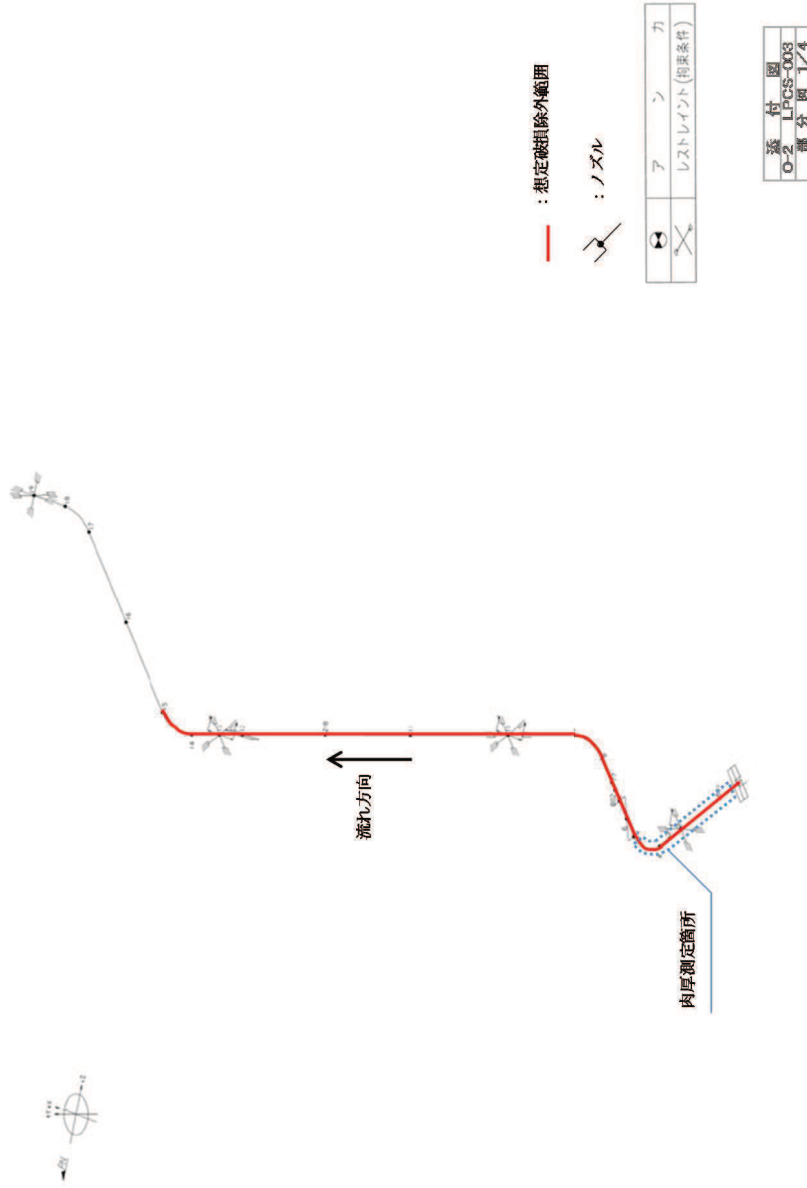


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (4/6)

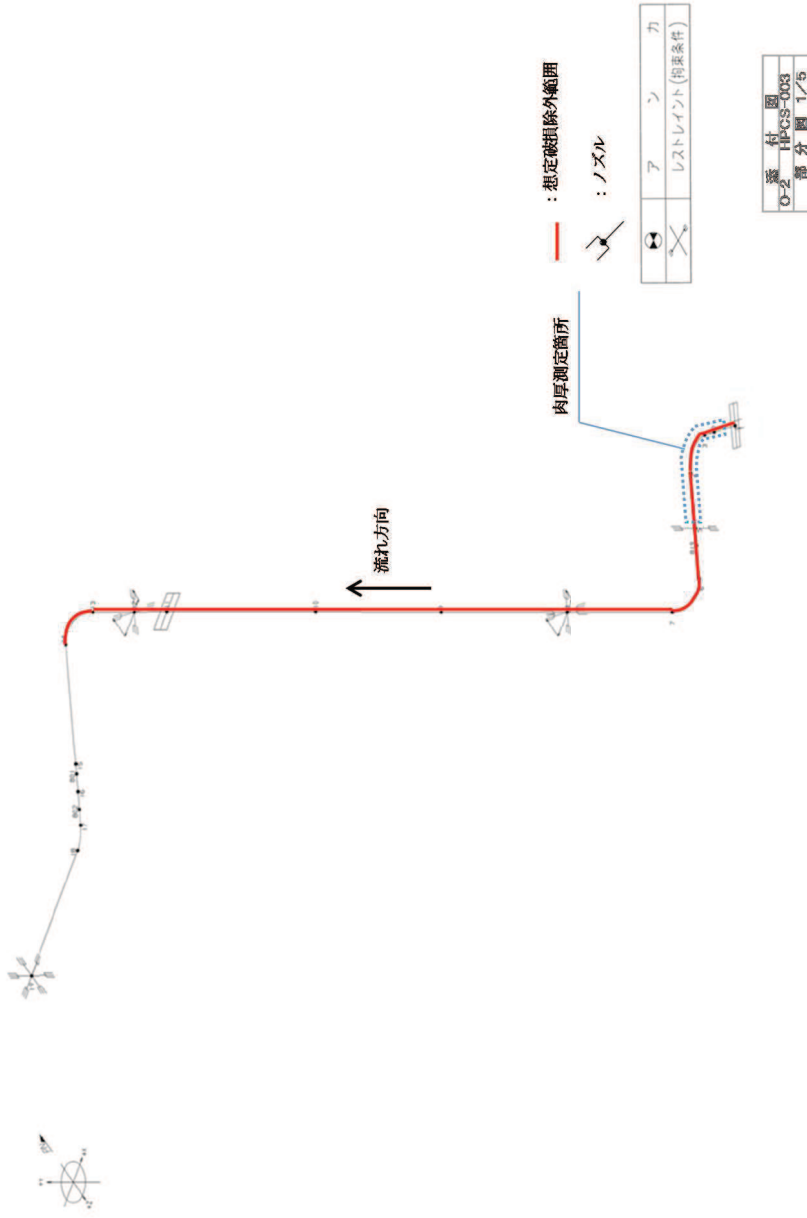


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (5/6)

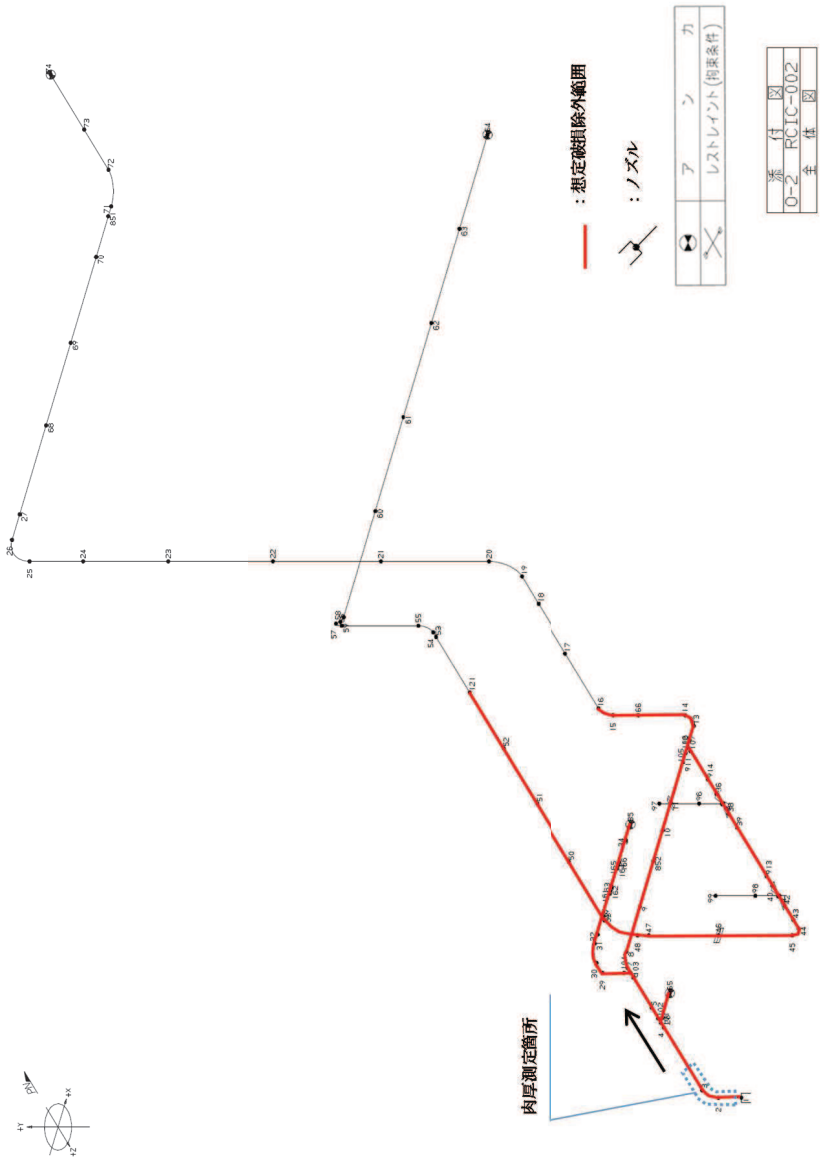


図 5.4-1 肉厚測定箇所 (6/6)

3. 測定結果

想定破損除外する箇所の肉厚測定結果を表 5.4-2 に示す。

表 5.4-2 肉厚測定結果

管理番号 (ライン番号)	公称 肉厚 (mm)	製造上の 最小肉厚 (mm)	必要 最低 肉厚 (mm)	測定 最小 肉厚 (mm)	減肉率		余寿命 (年)	結果*3
					減肉率 (mm/h)	算出 方法		
HNCW-P41-1	5.5	4.81	2.4	5.2	1.77×10^{-6}	*1	*2	良
RHR-2-1	11.1	9.71	6.34	11.0	5.90×10^{-7}	*1	*2	良
RHR-6-1	11.1	9.71	6.34	10.9	1.18×10^{-6}	*1	*2	良
	10.3	9.01	5.68	11.3	-	-	-	良
RHR-6-2	10.3	9.01	5.68	9.9	2.36×10^{-6}	*1	*2	良
LPCS-2-1	17.4	15.22	6.71	15.5	1.12×10^{-5}	*1	89.5	良
HPCS-2-1	25.4	22.22	16.01	22.2	1.89×10^{-5}	*1	37.4	良
RCIC-2-1	13.5	11.81	6.25	12.2	7.67×10^{-6}	*1	88.6	良

注記*1：公称肉厚データと今回測定データにより算出する方法。

*2：残時間 100 万時間以上

*3：判定基準：配管の測定最小肉厚が必要以上確保されていること及び余寿命が1サイクル（1.2年）以上であること。（出典：「発電用原子力設備規格沸騰水型原子力発電所配管減肉管理に関する技術規格（2006年版）JSME S NH1-2006（以下JSME規格）」の「CA-5000評価」による）

6. 消火水の放水による溢水の影響評価について

6.1 消火水の放水による溢水に対する評価の概要について

1. 概要

評価ガイドを踏まえ、発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水については、発電用原子炉施設内に設置される消火設備等からの放水を溢水源として設定する。消火栓以外の設備としては、スプリンクラや格納容器スプレイ冷却系があるが、防護すべき設備が設置されている建屋には、スプリンクラは設置しない設計とする。格納容器スプレイ冷却系は、単一故障による誤作動が発生しないように設計されていることから、誤作動による溢水は想定しない。以上のことから、消火水の放水による溢水として、消火栓からの溢水を想定する。発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水（以下「消火水の放水による溢水」という。）を想定し、防護すべき設備に対する影響を評価した。

2. 溢水量の設定

(1) 溢水量の設定

消火水の放水による溢水については、消火栓からの単位時間当たりの放水量と放水時間から溢水量を設定する。

消火活動による放水時間は、火災荷重より求められる等価火災時間によらず一律3時間として設定している。この放水時間の3時間は、「実用発電用原子炉及びその附属施設の火災防護に係る審査基準」で規定される「3時間以上の耐火能力を有する耐火壁」からなる時間であり、消火時間に対して十分保守性を持たせている。

消火活動における消火栓からの放水量は、消防法施行令により消火栓に要求される放水量（屋内消火栓：1300/分以上、屋外消火栓：3500/分以上）であることを考慮し、保守的に以下のとおり設定した。

- ・屋内消火栓からの溢水量

$$1500/\text{分} \times 2 \text{ 箇所} \times 3 \text{ 時間} = 54\text{m}^3$$

- ・屋外消火栓からの溢水量

$$3900/\text{分} \times 2 \text{ 箇所} \times 3 \text{ 時間} = 141\text{m}^3$$

(2) 実放水量について

消火水の放水による溢水源の想定に当たっては、単一箇所での異常状態（火災）の発生を想定していることから、管理区域内の屋内消火栓1箇所からの放水量の確認を行った。確認結果を表6.1-1に示す。

表 6.1-1 放水量確認結果

	放水量
測定結果 1 (O.P. +11.0m)	246.4ℓ/分
測定結果 2 (O.P. - 8.1m)	264.9ℓ/分

確認結果を踏まえ、保守的に 300ℓ/分として 3 時間放水量を算出すると、(1)と同様に 54m³ になることから、(1)によって算出した評価放水量は妥当であると判断できる。

3. 溢水伝播の考え方

溢水伝播の考え方については、基本的に添付資料「VI-1-1-8-3 溢水評価条件の設定」に記載する考えに基づき評価する。

(1) 伝播経路の設定

消火水の放水による溢水評価では、溢水発生区画から他区画への伝播経路に止水処置が存在する場合は、火災の影響によりその止水機能が喪失するものと想定する。ただし、防火対策等により止水機能が喪失しないと確認したものに関しては、その止水機能に期待できることとして評価する。

(2) 溢水防護区画内での放水

a. 溢水防護区画内に消火栓がある場合

溢水防護区画内の溢水高さが高くなるように、区画境界に扉や堰がある場合は、溢水を区画外に流出させないように評価を行う。

b. 溢水防護区画外に消火栓がある場合

溢水防護区画外の消火栓を用いて消火活動を行う場合は、区画境界の扉を開放して消火活動を行うことから、開放する扉からの伝播を考慮する。

(3) 溢水防護区画外での放水

溢水防護区画外での放水については、堰や扉を考慮せず、溢水を溢水防護区画内に流入させるように伝播経路を設定して評価を行う。ただし、水圧に対する強度、水密性を有していることが確認されている扉や堰については、その効果を考慮して評価する。

4. 消火活動おける消火水の放水時の溢水影響評価について

(1) 火災による防護すべき設備への影響

火災が発生した区画に存在する防護すべき設備は、保守的に火災に伴う放水の影響により機能喪失していると想定する。ただし、火災発生個所からの離隔距離が十分大きい場合や、放水により同時に影響を受けないような対策がとられている場合は当該設備の機能に期待する。

消火水の放水による溢水影響評価対象区画を表 6.1-2 に示す。

(2) 消火水の放水による被水影響評価

消火水の放水に伴う被水影響は事象として想定し得るが、消火水の放水による溢水の伝播経路は、想定破損による溢水の伝播経路に包含されており、想定破損による被水影響評価に包含される。なお、緊急時対策建屋及び緊急用電気品建屋は、消火水を使用しないエリアであるため評価上溢水影響はない。

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(1/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
R-3F-1	有	屋内消火栓	54
R-3F-3-1	有	屋内消火栓	54
R-3F-3-2	有	屋内消火栓	54
R-3F-7	有	屋内消火栓	54
R-2F-1-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-1-2	無 (消火器)	-	-
R-2F-1-3	無 (消火器)	-	-
R-2F-2	有	屋内消火栓	54
R-2F-2-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-2-2	有	屋内消火栓	54
R-2F-2-3	有	屋内消火栓	54
R-2F-2-4	無 (消火器)	-	-
R-2F-2-5	無 (消火器)	-	-
R-2F-2-6	無 (消火器)	-	-
R-2F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-3-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-M2F-1	有	屋内消火栓	54
R-M2F-2	無 (消火器)	-	-
R-M2F-3	有	屋内消火栓	54
R-M2F-5	無 (消火器)	-	-
R-M2F-6	無 (消火器)	-	-
R-1F-1	無 (消火器)	-	-
R-1F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-4	有	屋内消火栓	54
R-1F-5	有	屋内消火栓	54
R-1F-6	無 (消火器)	-	-
R-1F-7	有	屋内消火栓	54
R-1F-7-1	無 (消火器)	-	-
R-1F-8	無 (消火器)	-	-

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(2/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
R-1F-9	無(消火器)	-	-
R-1F-10	有	屋内消火栓	54
R-1F-11	無(消火器)	-	-
R-1F-12	有	屋内消火栓	54
R-MB1F-1	無(消火器)	-	-
R-MB1F-2	無(固定式消火設備等)	-	-
R-MB1F-3	無(消火器)	-	-
R-MB1F-4	無(固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-1	有	屋内消火栓	54
R-B1F-2	有	屋内消火栓	54
R-B1F-3	有	屋内消火栓	54
R-B1F-3-1	無(消火器)	-	-
R-B1F-3-2	有	屋内消火栓	54
R-B1F-3-3	無(消火器)	-	-
R-B1F-4	無(固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-5	有	屋内消火栓	54
R-B1F-13	無(消火器)	-	-
R-B1F-14	無(消火器)	-	-
R-B2F-1	有	屋内消火栓	54
R-B2F-2	無(固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-3	無(固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-4	有	屋内消火栓	54
R-B2F-5	無(固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-6	無(消火器)	-	-
R-B2F-6-1	有	屋内消火栓	54
R-B2F-6-2	有	屋内消火栓	54
R-B2F-7	有	屋内消火栓	54
R-B3F-1	無(固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-2	無(固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-3	無(固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-4	有	屋内消火栓	54
R-B3F-5	有	屋内消火栓	54

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(3/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
R-B3F-6	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-7	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-8	有	屋内消火栓	54
R-B3F-9	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-10	有	屋内消火栓	54
R-B3F-15	有	屋内消火栓	54
R-3F-2	無 (消火器)	-	-
R-3F-4	無 (消火器)	-	-
R-3F-5	無 (消火器)	-	-
R-M3F-3-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-5	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-6	無 (消火器)	-	-
R-2F-6-1	有	屋内消火栓	54
R-2F-6-2	有	屋内消火栓	54
R-2F-7	無 (消火器)	-	-
R-2F-7-1	有	屋内消火栓	54
R-2F-8	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-8-1	有	屋内消火栓	54
R-2F-8-2	有	屋内消火栓	54
R-2F-9	有	屋内消火栓	54
R-2F-11	有	屋内消火栓	54
R-2F-12-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-13-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-14-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-15-1	無 (消火器)	-	-
R-2F-16-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-17	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-18	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-2F-19	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-M2F-7	無 (消火器)	-	-
R-M2F-8	無 (固定式消火設備等)	-	-

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(4/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
R-M2F-9	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-13	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-13-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-14	無 (消火器)	-	-
R-1F-15	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-15-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-16	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-16-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-1F-17	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-6	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-7	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-8	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-9	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-10	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-11	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B1F-12	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-8	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-9	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B2F-10	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-11	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-12	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-13	無 (固定式消火設備等)	-	-
R-B3F-14	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-3F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-3F-2	有	屋内消火栓	54
C-3F-3	有	屋内消火栓	54
C-3F-4	有	屋内消火栓	54
C-2F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-2F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-2F-3	有	屋内消火栓	54
C-2F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-2F-5	有	屋内消火栓	54

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(5/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
C-2F-6	無 (固定式消火設備等)	-	
C-2F-7	無 (固定式消火設備等)	-	
C-2F-8	有	屋内消火栓	54
C-1F-1	有	屋内消火栓	54
C-1F-2	有	屋内消火栓	54
C-1F-3	有	屋内消火栓	54
C-1F-4	有	屋内消火栓	54
C-MB1F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-5	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-6-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-7	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B1F-8	無 (消火器)	-	-
C-B1F-9	有	屋内消火栓	54
C-MB2F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-3	有	屋内消火栓	54
C-B2F-4	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-5	無 (固定式消火設備等)	-	-
C-B2F-6	有	屋内消火栓	54
SW-1F-1	有	屋外消火栓	141
SW-1F-2	有	屋外消火栓	141
SW-1F-3	有	屋外消火栓	141
SW-1F-4	有	屋外消火栓	141
SW-1F-5	有	屋外消火栓	141
CST-1	無 (消火器)	-	-
CST-2	無 (消火器)	-	-
CST-3	無 (消火器)	-	-

表 6.1-2 消火水の放水による溢水影響評価対象区画(6/6)

区画番号	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
CST-4	無 (消火器)	-	-
CST-5	無 (消火器)	-	-
LOT-1	無 (消火器)	-	-
LOT-2	無 (消火器)	-	-
LOT-3	無 (消火器)	-	-
RW-1F-2-1	無 (消火器)	-	-
RW-1F-2-2	無 (固定式消火設備等)	-	-
RW-1F-2-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
RW-1F-2-4	有	屋内消火栓	54
RW-M3F-1	無 (固定式消火設備等)	-	-
RW-M3F-2	有	屋内消火栓	54
RW-M3F-3	無 (固定式消火設備等)	-	-
RW-2F-1	有	屋内消火栓	54
RW-M2F-1	有	屋内消火栓	54
RW-1F-1	有	屋内消火栓	54
RW-MB1F-1	有	屋内消火栓	54
RW-B1F-1	有	屋内消火栓	54
RW-MB2F-1	有	屋内消火栓	54
RW-B2F-1	有	屋内消火栓	54
RW-MB3F-1	有	屋内消火栓	54
RW-B3F-1	有	屋内消火栓	54
T-2F-1	有	屋内消火栓	54
T-1F-1	有	屋内消火栓	54
T-1F-2	有	屋内消火栓	54
T-1F-3	有	屋内消火栓	54
T-B1F-1	有	屋内消火栓	54
T-B1F-2	有	屋内消火栓	54
T-B1F-3	有	屋内消火栓	54
T-B2F-1	有	屋内消火栓	54
T-B2F-2	有	屋内消火栓	54

6.2 消火水の放水による溢水に対する評価例

1. 概要

女川原子力発電所第2号機における消火活動に伴い発生する消火水の放水による溢水評価の評価例を示す。

2. 消火水の放水による没水影響評価

消火活動における消火水の放水時の代表的な評価例を以下に示す。

【評価例①】

○消火活動を行う区画（評価エリアの隣接区画）

区画	消火時間[h]	溢水量[m ³]	滞留面積[m ²]
R-M2F-3	3	54	41.6

○消火活動を行う区画内に設置される防護すべき設備

区画	防護対象設備	区分
R-M2F-3	FPC ろ過脱塩装置バイパス弁(A) FPC ろ過脱塩装置バイパス弁(B) FPC ろ過脱塩装置入口第一弁 FPMUW 燃料プール注入弁	I, II

消火活動を行う区画内に設置される機器については、消火活動による被水により、機能喪失するものとする。

上記区画にて消火活動を行った場合の伝播評価を表 6.2-1 に、消火水の放水による溢水影響評価結果を表 6.2-2 に、伝播を想定するイメージを図 6.2-1～図 6.2-4 に示す。

表 6.2-1 消火水の放水による溢水影響評価

溢水防護区 画に伝播す る区画	溢水水位 (m)	異区分に関連する 設備の有無	評価 結果	備考
R-1F-1	0.1	無	○	
R-1F-2	0.1	無		
R-1F-5	0.1	無		
R-1F-7-1	0.1	無		
R-1F-11	0.1	無		
R-B1F-1	0.1	無		
R-B2F-1	0.3	無		

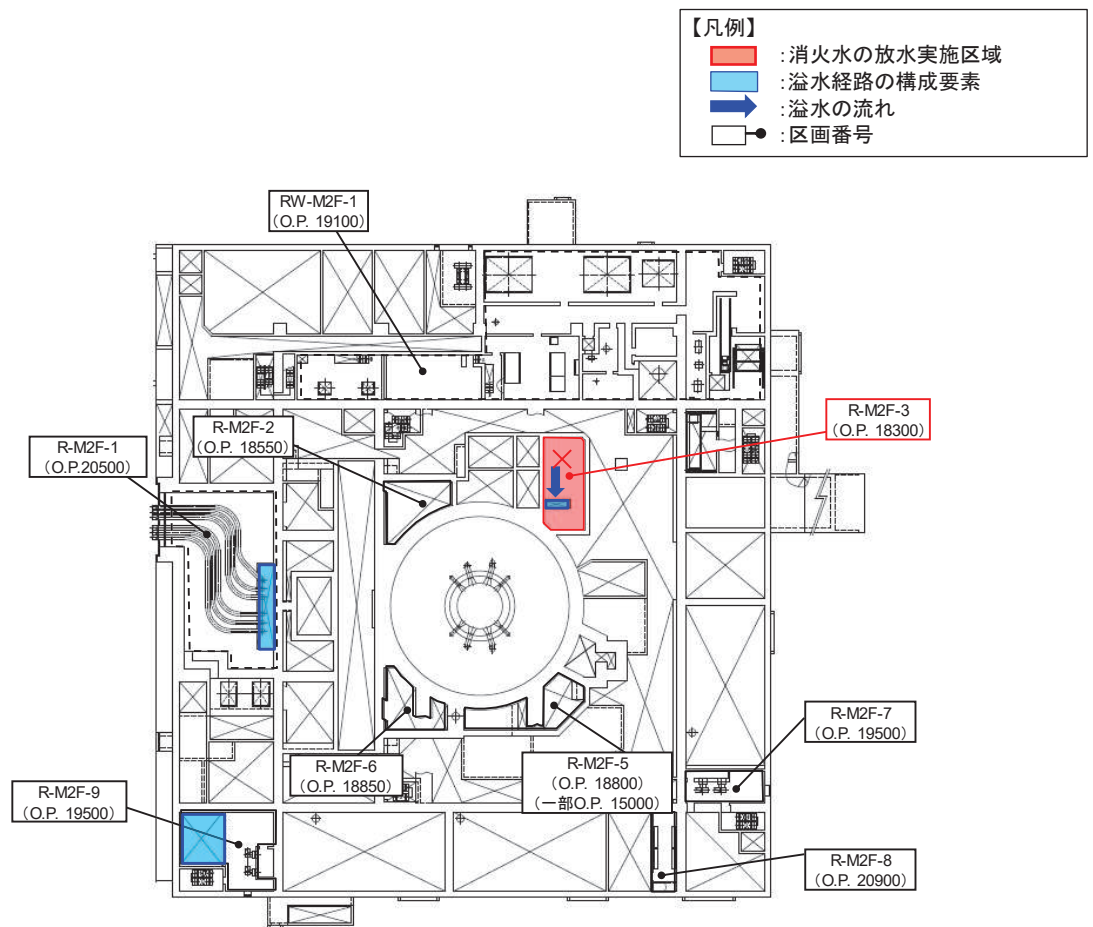


図 6. 2-1 消火水の放水による伝播イメージ (原子炉建屋 M2F)

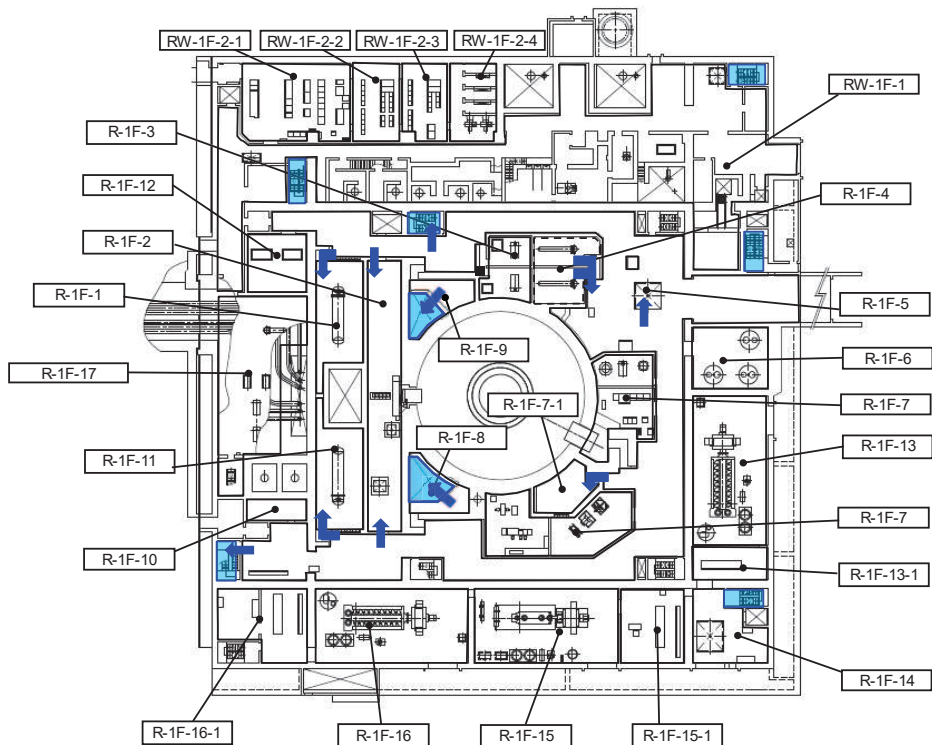


図 6. 2-2 消火水の放水による伝播イメージ (原子炉建屋 1F O.P. 15000)

- 【凡例】
- : 消火水の放水実施区域
 - : 溢水経路の構成要素
 - : 溢水の流れ
 - : 区画番号

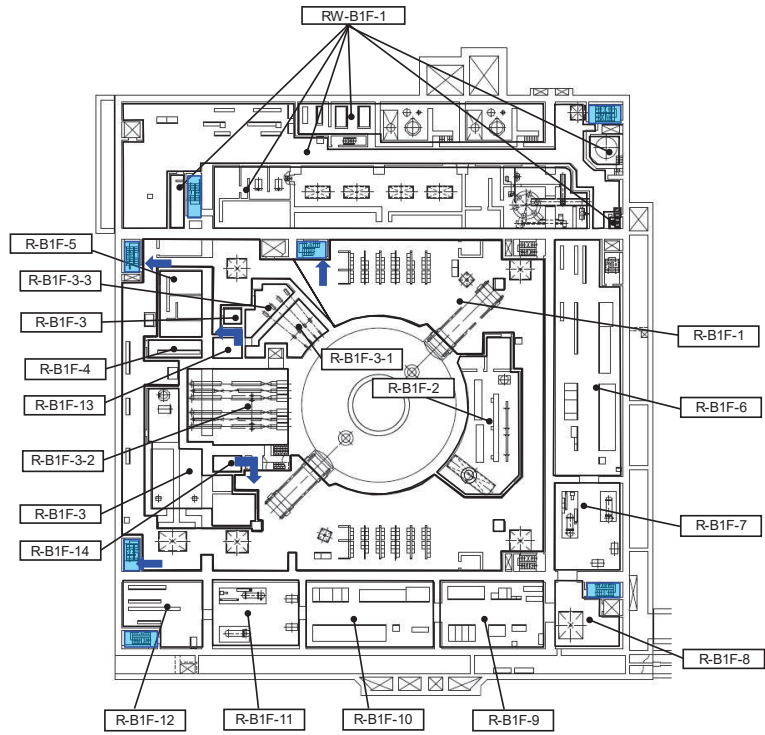


図 6.2-3 消火水の放水による伝播イメージ (原子炉建屋 B1F 0.P. 6000)

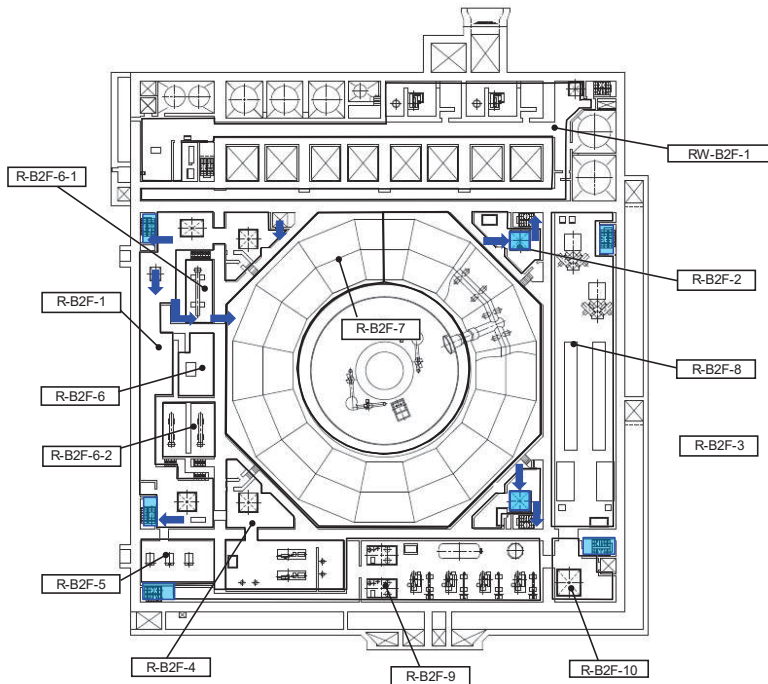


図 6.2-4 消火水の放水による伝播イメージ (原子炉建屋 B2F 0.P. -800)

7. 地震起因による溢水影響評価について

7.1 地震に起因する溢水源について

地震起因による溢水については、溢水源となり得る機器（流体を内包する機器）のうち、基準地震動 S_s による地震力に対して耐震性を確認していない機器及び使用済燃料プール等のスロッシングによる漏えい水を溢水源として設定する。

耐震 S クラス機器については、基準地震動 S_s による地震力によって破損は生じないことから溢水源として想定しない。また、耐震 B, C クラス機器のうち耐震対策工事の実施あるいは設計上の裕度の考慮により、基準地震動 S_s による地震力に対して耐震性が確保されているものについては溢水源として想定しない。

なお、放射性物質を含む液体の管理区域外漏えいに関する評価を行う場合については、溢水源となり得る機器（流体を内包する機器）のうち、要求される地震力により破損が生じる機器による漏水を溢水源として設定する。

地震に起因する溢水時の溢水源を表 7.1-1 に示す。

【凡例】
 “○”：系統全体として耐震裕度が確保されていることから溢水を想定せず
 “□”：系統の一部範囲について耐震裕度を確保及び運用により溢水を想定せず
 “△”：耐震裕度が確保されていない一部の範囲における溢水を想定
 “×”：溢水を想定
 “-”：Sクラスのため溢水を想定せず

表 7.1-1-1 地震時に溢水源とする系統としない系統 (3/5)

系統	耐震クラス (代表) ^{*1}	原子炉建屋						制御 建屋	タービン建屋		補助ボイ ラー建屋	海水 ポンプ室	復水貯蔵 タンク エリア	軽油 タンク エリア
		原子炉棟	付属棟 (廃棄物処理 エリア)		付属棟	タービン建屋								
			管理	非管理		管理	非管理							
タービン補助蒸気系	B	/	/	/	/	/	/	/	×	/	/	/	/	/
タービン発電機密封油系	C	/	/	/	/	/	/	/	×	/	/	/	/	/
固定子巻線冷却水系	C	/	/	/	/	/	/	/	×	/	/	/	/	/
循環水系	C	/	/	/	/	/	/	/	×	/	/	○	/	/
純水補給水系	C	○	/	/	×	/	○	/	×	×	×	/	/	/
復水補給水系	B	○	/	/	×	/	/	/	×	×	/	○	/	/
ろ過水系	C	○	/	/	×	/	/	/	×	×	/	○	/	/
燃料プール補給水系	B	○	/	/	/	/	/	/	/	/	/	/	/	/
消火用水系	C	○	/	/	×	/	○	/	×	×	×	/	/	/
換気空調補機常用冷却水系	C	□ ^{*2}	○	○	×	○	□ ^{*3}	×	×	×	/	/	/	/

水・蒸気・油系

注記*1：溢水源として想定する系統主配管部の耐震クラス

*2：CRD自動交換機制御室ファンコンユニット及びISI及びPCV L/T室ファンコンユニットは、系統運用を停止し、隔離（水抜き）することにより溢水を想定せず。また、隔離（水抜き）以外の範囲は、耐震裕度を確保することから溢水を想定せず。

*3：脱衣エリアファンコンユニット、下足エリアファンコンユニット、女性用更衣室エリアファンコンユニット及び女性用脱衣手洗いエリアファンコンユニットは、系統運用を停止し、隔離（水抜き）することにより溢水を想定せず。また、隔離（水抜き）以外の範囲は、耐震裕度を確保することから溢水を想定せず。

【凡例】
 “○”：系統全体として耐震裕度が確保されていることから溢水を想定せず
 “□”：系統の一部範囲について耐震裕度を確保及び運用により溢水を想定せず
 “△”：耐震裕度が確保されていない一部の範囲における溢水を想定
 “×”：溢水を想定
 “-”：Sクラスのため溢水を想定せず

表 7.1-1-1 地震時に溢水源とする系統としない系統 (4/5)

系統	耐震クラス (代表) ^{*1}	建屋/エリア									
		原子炉建屋			制御 建屋	タービン建屋		補助ボイ ラー建屋	海水 ポンプ室	復水貯蔵 タンク エリア	軽油 タンク エリア
		原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理 エリア)		管理	非管理				
		管理	非管理	管理	非管理						
換気空調補機非常用冷却水系	S	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
原子炉補機冷却水系	S, C	○	△ ^{*2}	×	×	×	×	×	×	×	×
タービン補機冷却水系	C	/	/	/	/	/	/	○	/	/	/
原子炉補機冷却海水系	S	/	-	/	/	/	/	-	/	/	/
タービン補機冷却海水系	C	/	/	/	/	/	/	○	/	/	/
高圧炉心スプレィ補機冷却水系	S, C	-	△ ^{*3}	/	/	/	/	/	/	/	/
高圧炉心スプレィ補機冷却 海水系	S	/	-	/	/	/	/	/	/	/	/
補助ボイラー給水系統	C	/	/	/	/	/	/	/	×	/	/
補助ボイラー循環系統	C	/	/	/	/	/	/	/	×	/	/
補助ボイラー冷却系統	C	/	/	/	/	/	/	/	×	/	/
加熱蒸気及び復水戻り系	C	○	○	○	×	○	○	○	×	×	×
所内温水系	C	○	△ ^{*4}	×	×	○	○	○	×	×	×
非常用ディーゼル発電設備 冷却水系	S	/	-	/	/	/	/	/	/	/	/

注記 *1：溢水源として想定する系統主配管部の耐震クラス
 *2：原子炉補機冷却水系防食剤添加タンク (A) 及び原子炉補機冷却水系防食剤添加タンク (B) の溢水を想定
 *3：高圧炉心スプレィ補機冷却水系防食剤添加タンクの溢水を想定
 *4：所内温水系防食剤添加タンクの溢水を想定

【凡例】
 “○”：系統全体として耐震裕度が確保されていることから溢水を想定せず
 “□”：系統の一部範囲について耐震裕度を確保及び運用により溢水を想定せず
 “△”：耐震裕度が確保されていない一部の範囲における溢水を想定
 “×”：溢水を想定
 “-”：Sクラスの溢水を想定せず

表 7.1-1-1 地震時に溢水源とする系統としない系統 (5/5)

系統	耐震クラス (代表) *1	建屋/エリア																			
		原子炉建屋			制御 建屋	タービン建屋		補助ボイ ラー建屋	海水 ポンプ室	復水貯蔵 タンク エリア	軽油 タンク エリア										
		原子炉棟	付属棟	付属棟 (廃棄物処理 エリア)		管理	非管理														
		管理	非管理	管理	非管理																
水・蒸気・油系	高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電設備冷却水系	S	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	非常用ディーゼル発電設備潤滑油系	S	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電設備潤滑油系	S	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	非常用ディーゼル発電設備燃料油系	S, C	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電設備燃料油系	S, C	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	非常用ディーゼル発電設備燃料移送系	S	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	高圧炉心スプレイス系ディーゼル発電設備燃料移送系	S	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	可燃性ガス濃度制御系	S	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	非放射性ドレン移送系	C	○	○	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	所内用水系	C	-	-	-	-	-	○	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

注記*1：溢水源として想定する系統主配管部の耐震クラス

7.2 耐震B，Cクラス機器の耐震工事の内容

1. 概要

「原子力発電所の内部溢水影響評価ガイド」では，耐震B，Cクラス機器であっても基準地震動 S_s による地震力に対して耐震性が確保される機器については，漏水を考慮しないことができるとされている。

本資料では，地震時に溢水源となり得る耐震B，Cクラス機器について，実施する耐震工事の内容を示す。

機器の耐震評価においては，耐震工事後の状態では，基準地震動 S_s に対する応力発生値と評価基準を比較することにより行い，評価基準値は，J E A G等の規格基準で規定されている値を用いる。

耐震工事を実施する機器を表7.2-1に示す。

表7.2-1 耐震B，Cクラス機器のうち耐震工事を実施する機器

No.	機器名称	工事概要
1	CUW 再生熱交換器	サポートの追加
2	HNCW サージタンク	支持脚への補強部材追加
3	R/A 給気冷却加熱コイル	ケーシング枠への補強部材追加
4	燃料交換床給気加熱コイル	ケーシング枠への補強部材追加
5	燃料交換機制御室空調機	ケーシングへの補強部材追加
6	原子炉補機（HPCS）室給気加熱コイル	ケーシング枠への補強部材追加
7	SLC テストタンク	支持脚への補強部材追加
8	タービン補機冷却海水ポンプ	基礎ボルト，ポンプ取付ボルト及び電動機台取付ボルトの取替
9	循環水ポンプ(A)	ポンプ取付ボルト及び吐出エルボ取付ボルトの取替
10	循環水ポンプ(B)	ポンプ取付ボルト，吐出エルボ取付ボルト，ベース架台取付ボルト及び吐出配管ボルトの取替
11	配管	配管へのサポート追加，サポートへの補強部材追加

2. 工事内容

2.1 CUW 再生熱交換器

CUW 再生熱交換器は、熱交換器室耐震壁から架台にサポートを追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-1 に示し、機器仕様を表 7.2-2 に、応力評価結果を表 7.2-3 に示す。なお、表 7.2-3 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。



図 7.2-1 CUW 再生熱交換器の工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-2 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (℃)	評価部位	使用材料	温度条件 (℃)
CUW 再生 熱交換器	10.2	302	胴板	SGV480	302
			脚	SS400	302
			脚締付ボルト	SS400	50
			架台	STKR400	50
			基礎ボルト	SS400	50

表 7.2-3 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
CUW 再生熱交換器	胴板	一次+二次	252	396

2.2 HNCW サージタンク

HNCW サージタンクは、支持脚に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-2 に示し、機器仕様を表 7.2-4 に、応力評価結果を表 7.2-5 に示す。なお、表 7.2-5 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

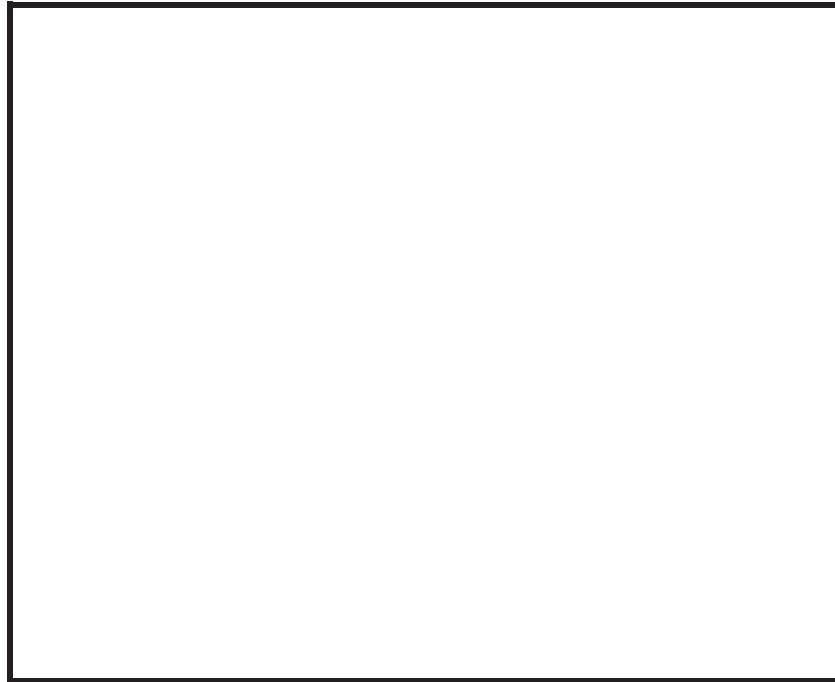


図 7.2-2 HNCW サージタンクの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-4 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
HNCW サージ タンク	静水頭	66	胴板	SS400	66
			脚	SS400	66
			基礎 ボルト	SS400	50

表 7.2-5 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
HNCW サージタ ンク	基礎ボルト	引張	168	207

2.3 R/A 給気冷却加熱コイル

R/A 給気冷却加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-3 に示し、機器仕様を表 7.2-6 に、応力評価結果を表 7.2-7 に示す。なお、表 7.2-7 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

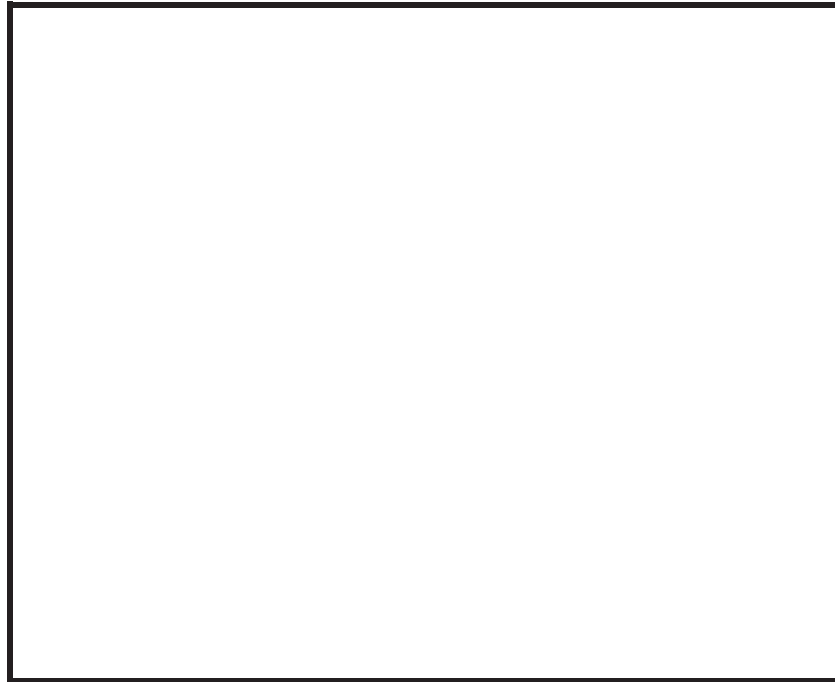


図 7.2-3 R/A 給気冷却加熱コイルの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-6 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	使用材料
			取付ボルト
R/A 給気冷却 加熱コイル	1.27	85	SS400

表 7.2-7 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
R/A 給気冷却 加熱コイル	取付ボルト	引張	18	179

2.4 燃料交換床給気加熱コイル

燃料交換床給気加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-4 に示し、機器仕様を表 7.2-8 に、応力評価結果を表 7.2-9 に示す。なお、表 7.2-9 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

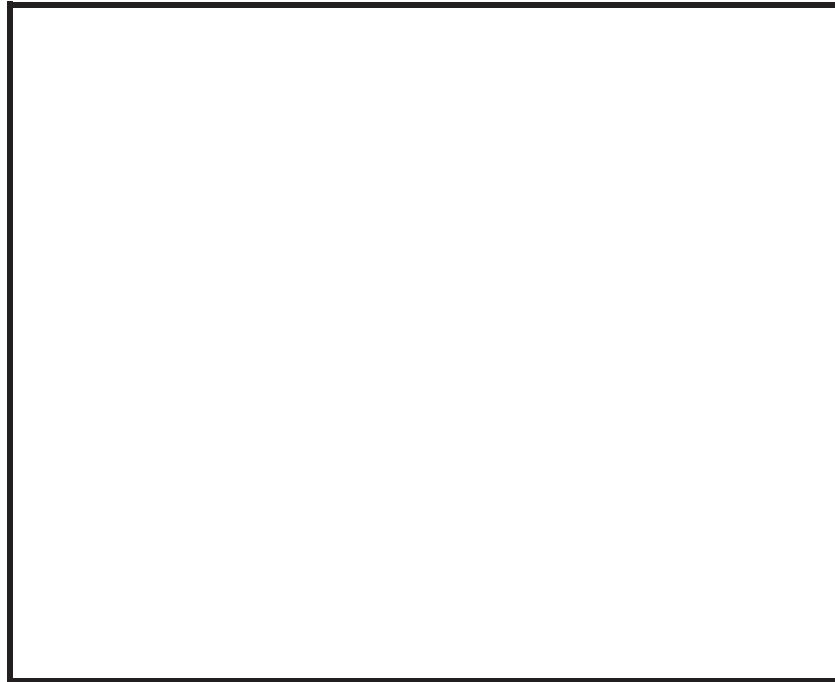


図 7.2-4 燃料交換床給気加熱コイルの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-8 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	使用材料
			取付ボルト
燃料交換床給気 加熱コイル	1.18	85	SS400

表 7.2-9 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
燃料交換床給気 加熱コイル	取付ボルト	せん断	7	138

2.5 燃料交換機制御室空調機

燃料交換機制御室空調機は、ケーシングに補強部材を追加することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-5 に示し、機器仕様を表 7.2-10 に、応力評価結果を表 7.2-11 に示す。なお、表 7.2-11 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。



図 7.2-5 燃料交換機制御室空調機の工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-10 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度* (℃)	使用材料	温度条件(℃)
			基礎ボルト	
燃料交換機 制御室空調機	—	40	SS400	50

注記 *：最高使用温度 40℃より，周囲環境温度 50℃の方が温度が高いことから，保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-11 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
燃料交換機 制御室空調機	基礎ボルト	引張	139	207

2.6 原子炉補機（HPCS）室給気加熱コイル

原子炉補機（HPCS）室給気加熱コイルは、ケーシング枠に補強部材を追設することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-6 に示し、機器仕様を表 7.2-12 に、応力評価結果を表 7.2-13 に示す。なお、表 7.2-13 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

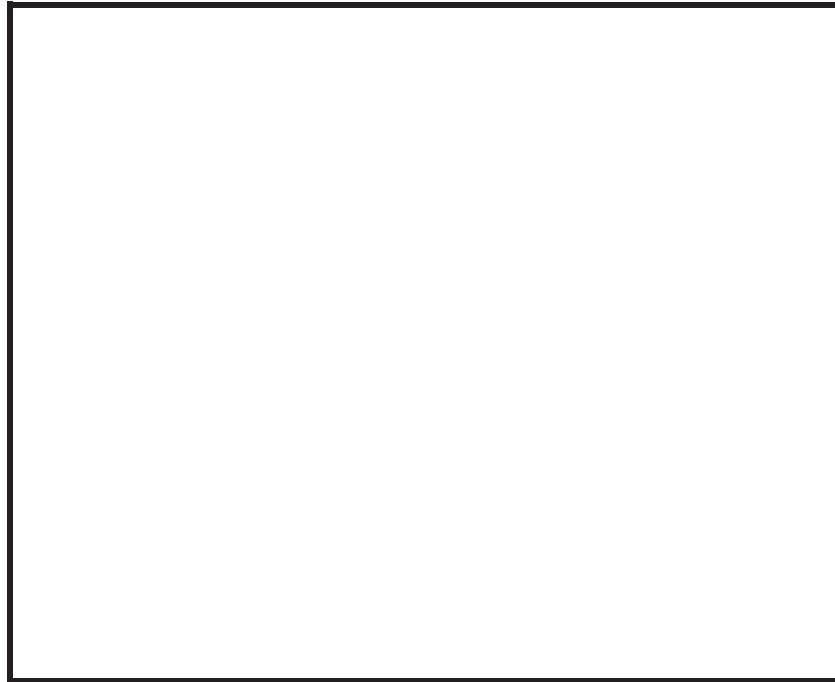


図 7.2-6 原子炉補機（HPCS）室給気加熱コイルの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-12 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	使用材料
			取付ボルト
原子炉補機 (HPCS) 室給気加熱コイル	1.18	85	SS400

表 7.2-13 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
原子炉補機 (HPCS) 室給気 加熱コイル	取付ボルト	引張	11	179

2.7 SLC テストタンク

SLC テストタンクは、支持脚へ補強部材を追加することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-7 に示し、機器仕様を表 7.2-14 に、応力評価結果を表 7.2-15 に示す。なお、表 7.2-15 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

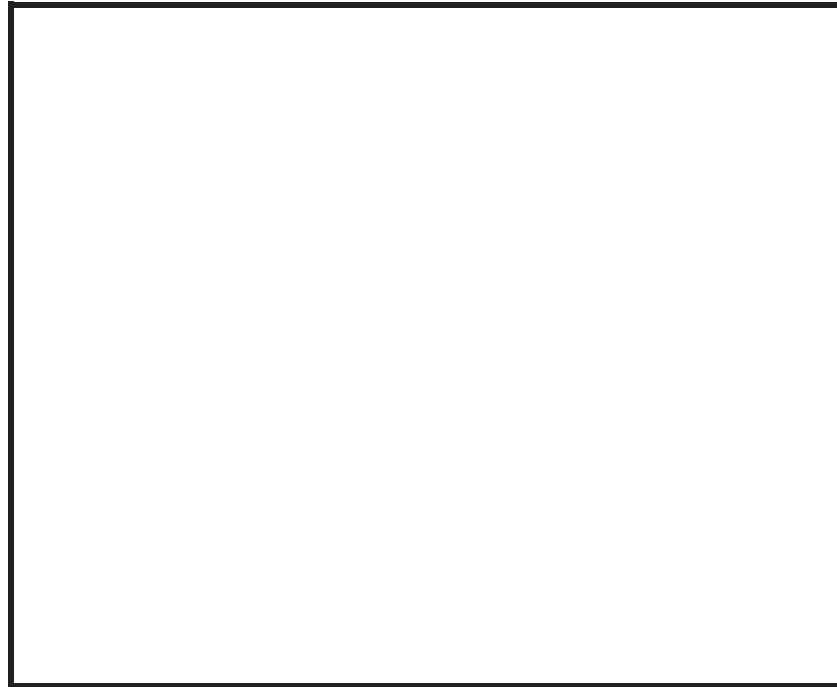


図 7.2-7 SLC テストタンクの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-14 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度 (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
SLC テスト タンク	静水頭	66	胴板	SUS304	66
			脚	SUS304	50
			基礎 ボルト	SS400	50

表 7.2-15 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
SLC テストタンク	脚	組合せ	90	205

2.8 タービン補機冷却海水ポンプ

タービン補機冷却海水ポンプは、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。なお、タービン補機冷却海水ポンプの構造及び耐震性に係る仕様は、A号機、B号機及びC号機で同じである。工事内容を図 7.2-8 に示し、機器仕様を表 7.2-16 に、応力評価結果を表 7.2-17 に示す。なお、表 7.2-17 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

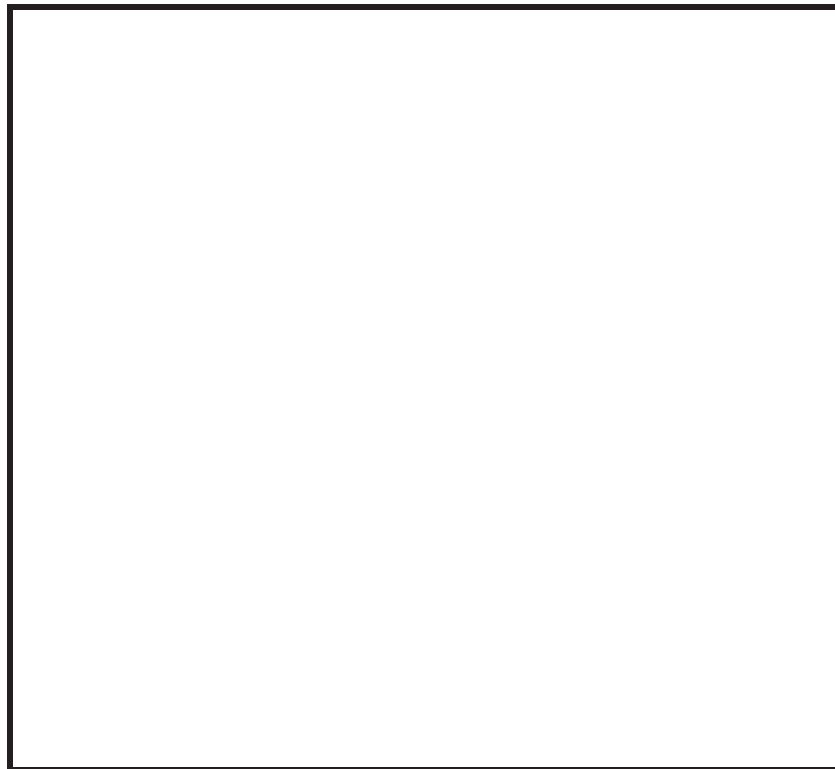


図 7.2-8 タービン補機冷却海水ポンプの工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-16 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度* (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
タービン 補機 冷却海水 ポンプ	0.69	41	基礎ボルト	SCM435	50
			ポンプ取付 ボルト	SCM435	50
			原動機台取付 ボルト	SCM435	50
			原動機取付ボ ルト	SUS304	50

注記 *：最高使用温度 41°C より、周囲環境温度 50°Cの方が温度が高いことから、保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-17 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
タービン補機 冷却海水ポンプ	原動機取付 ボルト	引張	98	145

2.9 循環水ポンプ(A)

循環水ポンプ(A)は、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-9 に示し、機器仕様を表 7.2-18 に、応力評価結果を表 7.2-19 に示す。なお、表 7.2-19 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

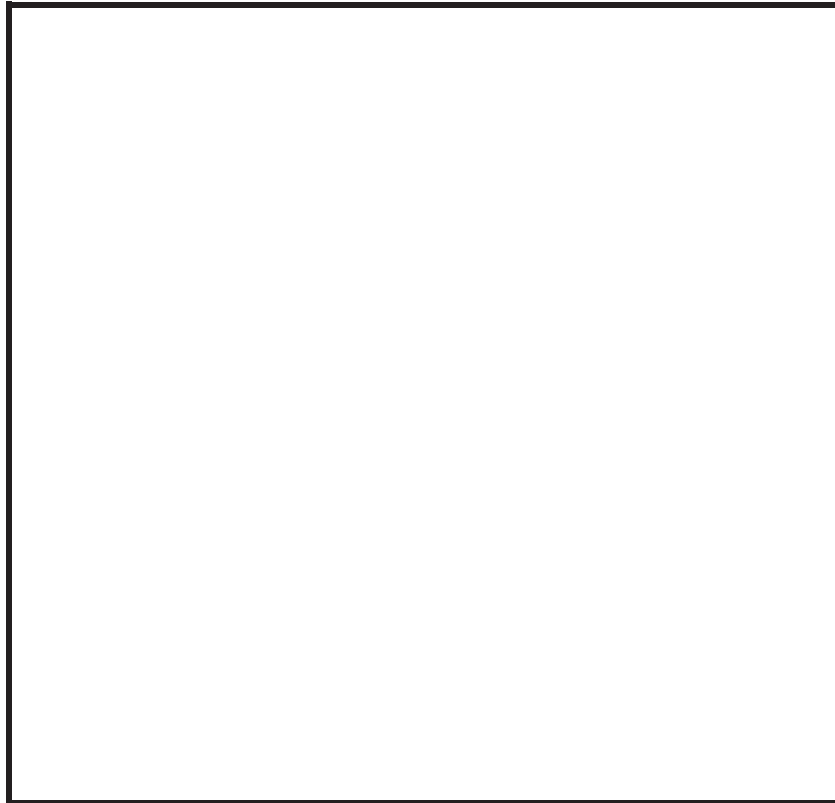


図 7.2-9 循環水ポンプ(A)の工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-18 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度* (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
循環水 ポンプ(A)	0.38	41	基礎ボルト	SS400	50
			ポンプ取付 ボルト	SCM435	50
			吐出エルボ 取付ボルト	SCM435	50
			吐出配管ボ ルト	SS400	50

注記 *：最高使用温度 41°Cより，周囲環境温度 50°Cの方が温度が高いことから，保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-19 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
循環水ポンプ(A)	吐出配管ボルト	引張	93	186

2.10 循環水ポンプ(B)

循環水ポンプ(B)は、評価対象のボルトをより高強度のボルトに取り替えることにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-10 に示し、機器仕様を表 7.2-20 に、応力評価結果を表 7.2-21 に示す。なお、表 7.2-21 においては、発生応力と許容応力を踏まえ、評価上厳しい箇所の結果について記載する。

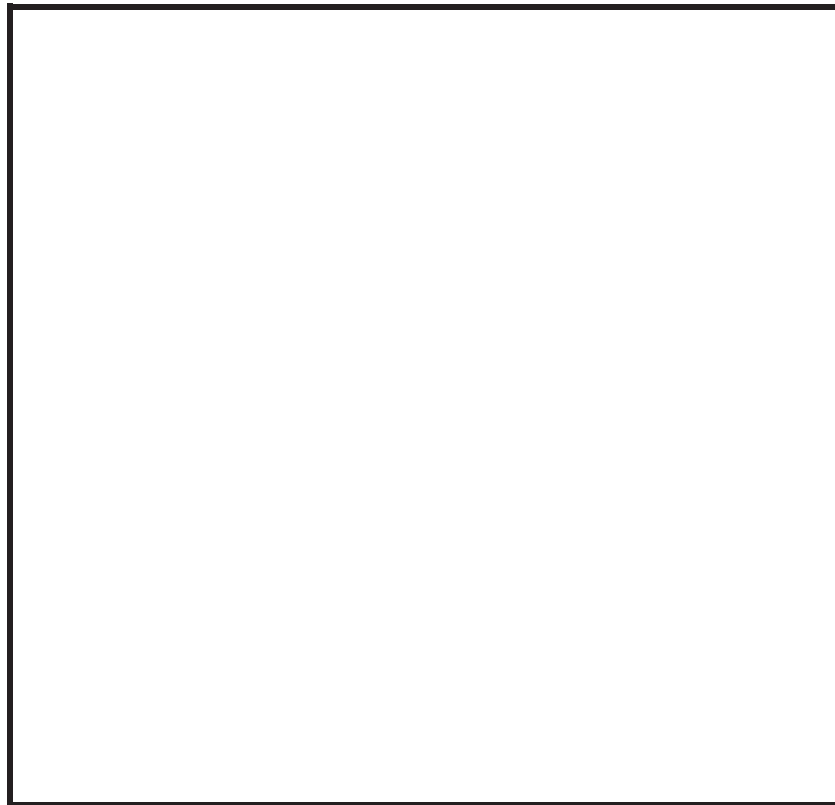


図 7.2-10 循環水ポンプ(B)の工事内容

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.2-20 機器仕様

設備名称	最高使用圧力 (MPa)	最高使用温度* (°C)	評価部材	使用材料	温度条件 (°C)
循環水 ポンプ(B)	0.38	41	基礎ボルト	SS400	50
			ポンプ取付 ボルト	SCM435	50
			吐出エルボ 取付ボルト	SCM435	50
			吐出配管ボ ルト	SCM435	50
			ベース架台 取付ボルト	SCM435	50

注記 *：最高使用温度 41°Cより，周囲環境温度 50°Cの方が温度が高いことから，保守的な評価となるよう周囲環境温度にて評価した。

表 7.2-21 応力評価結果

設備名称	評価部材	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
循環水ポンプ(B)	ベース架台 取付ボルト	せん断	142	366

2.11 配管

配管は，サポートの追設やサポートへ補強部材を追加することにより耐震性の向上を図る。工事内容を図 7.2-11 に示し，機器仕様を表 7.2-22 に，応力評価結果を表 7.2-23 に示す。なお，表 7.2-23 においては，発生応力と許容応力を踏まえ，評価上厳しい箇所の結果について記載する。

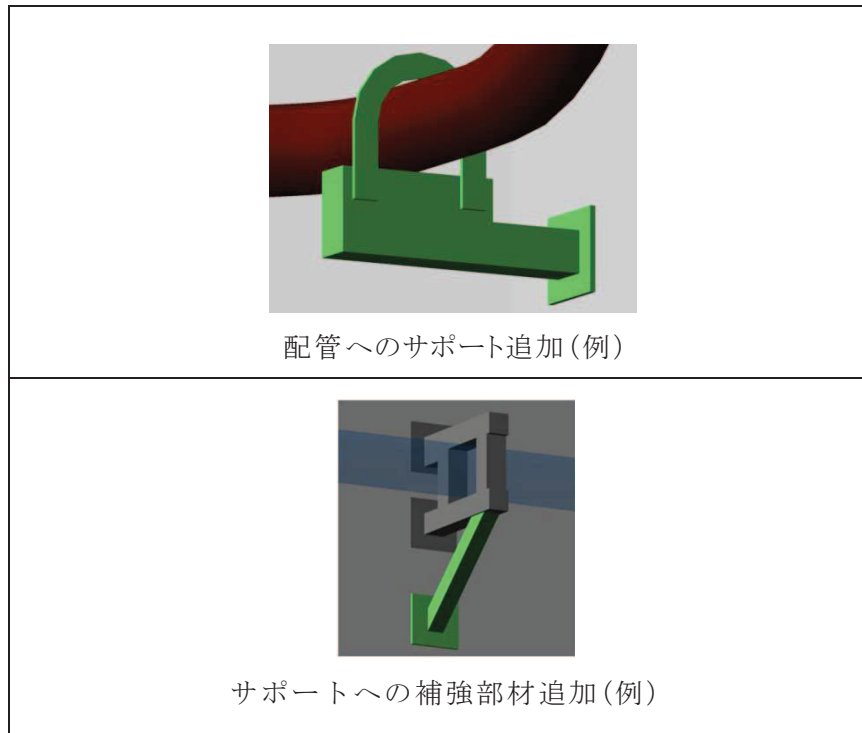


図 7.2-11 配管の工事内容

表 7.2-22 機器仕様

設備名称	最高使用压力 (MPa)	最高使用温度 (℃)	評価部位	使用材料
配管 (換気空調補機常 用冷却水系)	1.27	85	配管本体	STPG370
			支持構造物	SS400

表 7.2-23 応力評価結果

設備名称	評価部位	応力	発生値 (MPa)	評価基準値 (MPa)
配管 (換気空調補機常 用冷却水系)	配管本体	一次+二次	344	354
	支持構造物	一次+二次	102	142

7.3 溢水防護に係わる設備の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性について

1. 概要

溢水防護に係る設備（貫通部止水処置，水密扉，堰，逆流防止装置，循環水系隔離システム，タービン補機冷却海水系隔離システム，）及び基準地震動 S_s による地震力に対して耐震性を有することから溢水源としない耐震 B, C クラスにおける，対象設備・部位の代表性及び網羅性について説明する。

2. 溢水防護に係る設備

2.1 貫通部止水処置

貫通部止水処置については，シール材（充填タイプ，コーキング），モルタル，ブーツを用いる方法があり，耐震評価は以下の理由によりモルタルを評価対象とする。

[モルタルを評価対象とする理由]

シール材については，貫通部近傍に支持構造物を設置しており，地震時は建屋壁と貫通物が一体で動くことから，相対変位な軽微な箇所に設置している。また，電線管，ケーブルトレイ内に適用するシール材は，柔軟性及び余長を有するケーブル隙間に充填することとしており，地震時にケーブルに発生する荷重は小さく軽微である。このため，地震によるシール材への影響は軽微であることから，評価対象部位としない。

ブーツについては，伸縮性ゴムを使用しており，配管の地震変位対しても十分な伸縮性を有している。このため，地震による影響は軽微であることから評価対象部位としない。

モルタルについては，地震時に貫通する配管等の反力が直接作用することが考えられるため，評価対象とする。また，モルタルの評価については，最大荷重が作用する貫通部を代表として評価する。

表 7.3-1 に貫通部止水処置の構造計画を示す。

表 7.3-1 貫通部止水処置の構造計画 (1/2)

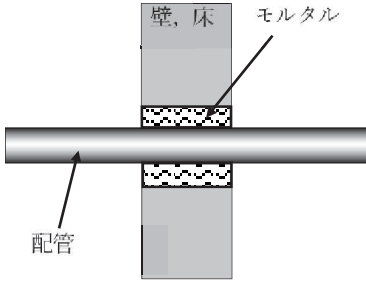
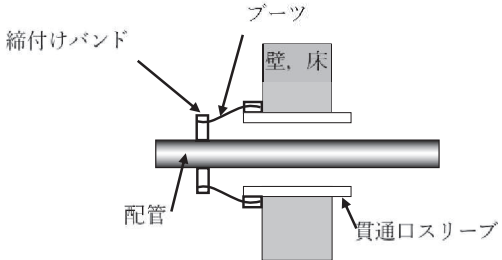
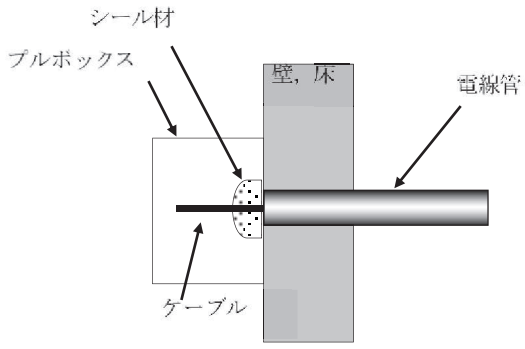
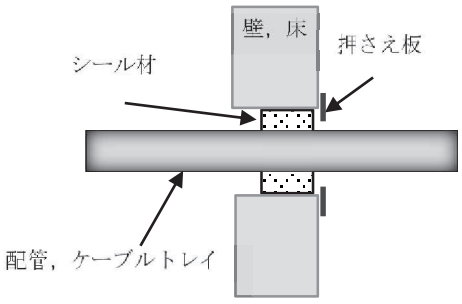
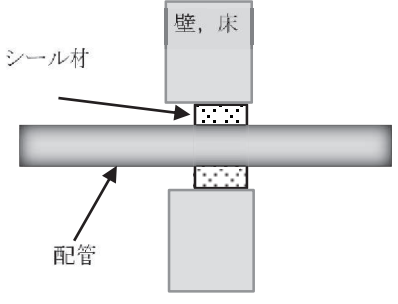
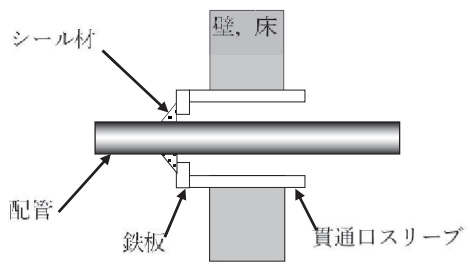
設備名称	計画の概要		概略構造図
	主体構造	支持構造	
貫通部 止水処置	モルタルにて構成する。	貫通部の開口部にモルタルを充填し、硬化後は貫通部内面及び貫通物外面と一定の付着力によって接合する。	
	ブーツと締付けバンドにて構成する。	高温配管の熱膨張変位及び地震時の変位を吸収できるよう伸縮性ゴムを用い、壁面又は床面の貫通ロスリーブと配管を締付けバンドにて締結する。	
	充填タイプのシール材にて構成する。	貫通部の開口部にシール材を充填する。施工時は液状であり、反応効果によって所定の強度を有する構造物が形成され貫通部内面及び貫通物外面と一定の付着力によって接合する。	  <p>(押さえ板有り)</p>

表 7.3-1 貫通部止水処置の構造計画 (2/2)

設備名称	計画の概要		概略構造図
	主体構造	支持構造	
貫通部 止水処置	充填タイプのシール材にて構成する。	貫通部の開口部にシール材を充填する。施工時は液状であり、反応効果によって所定の強度を有する構造物が形成され貫通部内面及び貫通物外面と一定の付着力によって接合する。	 <p>(押さえ板無し)</p>
	コーキングタイプのシール材にて構成する。	貫通部の開口部と貫通部の隙間にコーキングする。施工時は液状であり、反応硬化によって所定の強度を有する構造物が形成され、鉄板及び貫通物外面と一定の付着力によって接合する。	

2.2 循環水系隔離システム，タービン補機冷却海水系隔離システム

循環水系隔離システム，タービン補機冷却海水系隔離システムは，添付資料「VI-2-1-13-9 計器スタンションの耐震性についての計算書作成の基本方針」に基づき，基礎ボルトの応力評価及び漏えい検知器の電氣的機能維持確認を実施している。

図 7.3-1 および図 7.3-2 に漏えい検知器の概略図を示す。

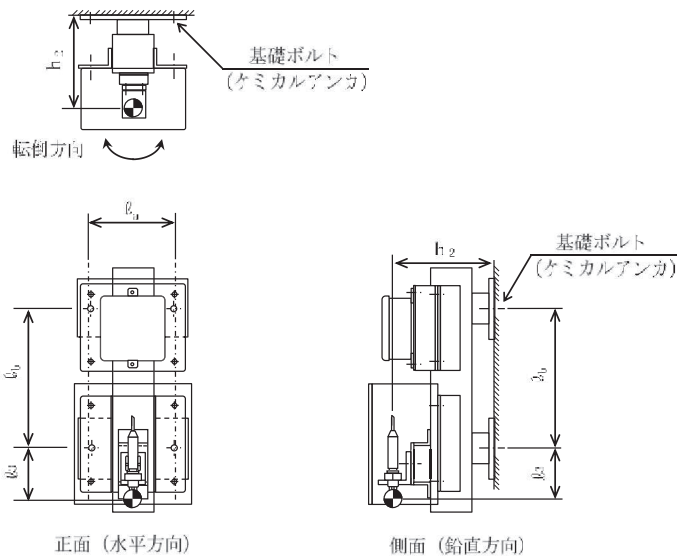


図 7.3-1 漏えい検知器概略図（循環水系隔離システム）

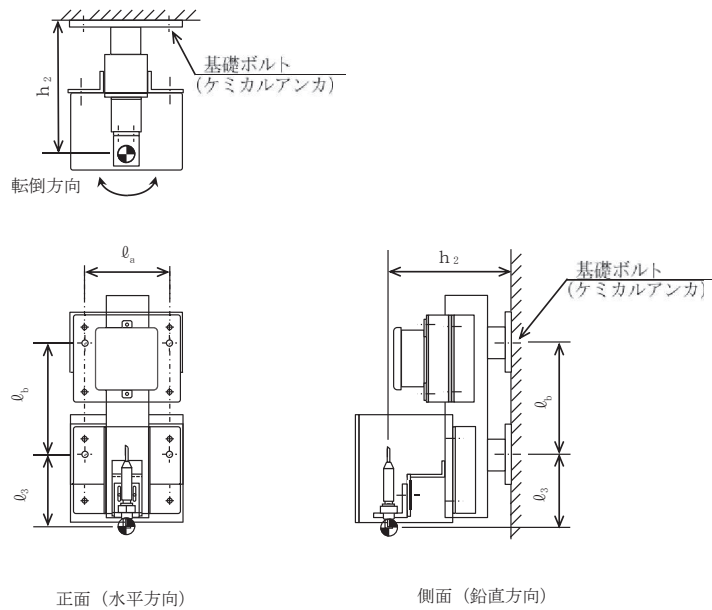


図 7.3-2 漏えい検知器概略図（タービン補機冷却海水系隔離システム）

3. 溢水源としない耐震 B, C クラス機器

3.1 機器（容器類・ポンプ類）

耐震評価対象の容器類，ポンプ類については，添付資料「VI-2-1-13 機器・配管系の計算書作成の方法」にて示している構造と同様であることから，それら方針書に基づき以下に示す部位を評価部位として選定している。

- ・胴板
- ・脚
- ・基礎ボルト など

3.2 配管（配管，弁及び支持構造物）

耐震評価対象の配管系については，添付資料「VI-2-1-14 計算書作成の方法」にて示す配管，弁及び支持構造物の構造と同様であることから，それら方針書に基づき，以下に示す部位を評価部位として選定している。

- ・配管本体
- ・支持構造物

7.4 使用済燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出

1. 概要

使用済燃料貯蔵プールの冷却機能及び給水機能を有する系統の防護対象設備については、想定破損による溢水、消火水の放水による溢水及び地震に起因する機器の破損等により生じる溢水に対して機能喪失しないことを確認している。

ここでは、基準地震動 S_s におけるスロッシングによる使用済燃料プール等からの溢水量を評価するとともに、スロッシングによる溢水量を含めた地震に起因する機器の破損等により生じる溢水量に対し、使用済燃料プールの冷却（保安規定で定めた水温 65℃以下）機能及び使用済燃料の遮蔽機能維持に必要な水位が確保されていることを確認した。

2. 使用済燃料プール等のスロッシング、原子炉ウェル及び蒸気乾燥器・気水分離器ピットによる溢水量の評価

使用済燃料プールのスロッシング、原子炉ウェル及び蒸気乾燥器／気水分離器ピット（以下「DSピット」という。）による溢水量の算出に当たっては、基準地震動 S_s による地震力により生じるスロッシング現象を 3 次元流動解析により評価し、使用済燃料プール外へ漏えいする水量を溢水量として算出する。

2.1 解析方法

(1) 固有周期

a. 使用済燃料プール

使用済燃料プールの固有周期は、単純な矩形構造を想定し、「機械工学便覧」より、次式を用いて算出する。

$$T = \frac{2\pi}{\sqrt{\frac{1.571 \cdot g}{L} \tanh\left(\frac{1.571 \cdot H}{L}\right)}}$$

ここで、 T : 固有周期 [s]

g : 重力加速度 [m/s^2]

H : 水深 [m]

L : 代表長さ（振動方向の長さの 1/2） [m]

上記の式において、水深は使用済燃料プール通常水位（底面から 11.515 m）とする。また、代表長さは使用済燃料プールの NS 方向長さ（ m）及び EW 方向長さ（ m）の 1/2 を設定する。使用済燃料プールの固有周期算出結果を表 7.4-1 に示す。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

表 7.4-1 使用済燃料プールの固有周期算出結果

	プール幅[m]	代表長さ L [m]	水深 H [m]	固有周期 [s]
EW 方向			11.515	4.265
NS 方向			11.515	3.964

b. 原子炉ウェル及び DS ピット

原子炉ウェル及び DS ピットの固有周期は、円形と矩形が連結した構造であることから、固有周期は固有値解析により求めた。解析モデルを図 7.4-1 に示す。また、原子炉ウェル及び DS ピットの固有周期算出結果を表 7.4-2 に示す。



図 7.4-1 原子炉ウェル及び DS ピットの固有値解析モデル

表 7.4-2 原子炉ウェル及び DS ピットの固有周期算出結果

	固有周期 [s]
原子炉ウェル及び DS ピット	7.569

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

(2) スロッシング解析

使用済燃料プール、原子炉ウエル及びDSピット及び上部空間をモデル化範囲とし、初期水位は通常水位であるオーバーフロー水位（O.P. +32.895m）とし3次元流動解析により溢水量を算出する。

解析に用いる地震動は、使用済燃料プール及び原子炉ウエル及びDSピットが存在する標高近傍の水平方向床応答スペクトルに基づき、使用済燃料プールの固有周期において応答が最も大きいSs-D1を用いて解析を実施し、溢水量を算出する。

使用済燃料プールが存在する標高近傍の水平方向床応答スペクトルを図7.4-2及び図7.4-3に示す。

また、使用済燃料プールの概要図を図7.4-4、使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及びDSピットが設置される原子炉建屋の機器配置図を図7.4-5及び図7.4-6に示す。

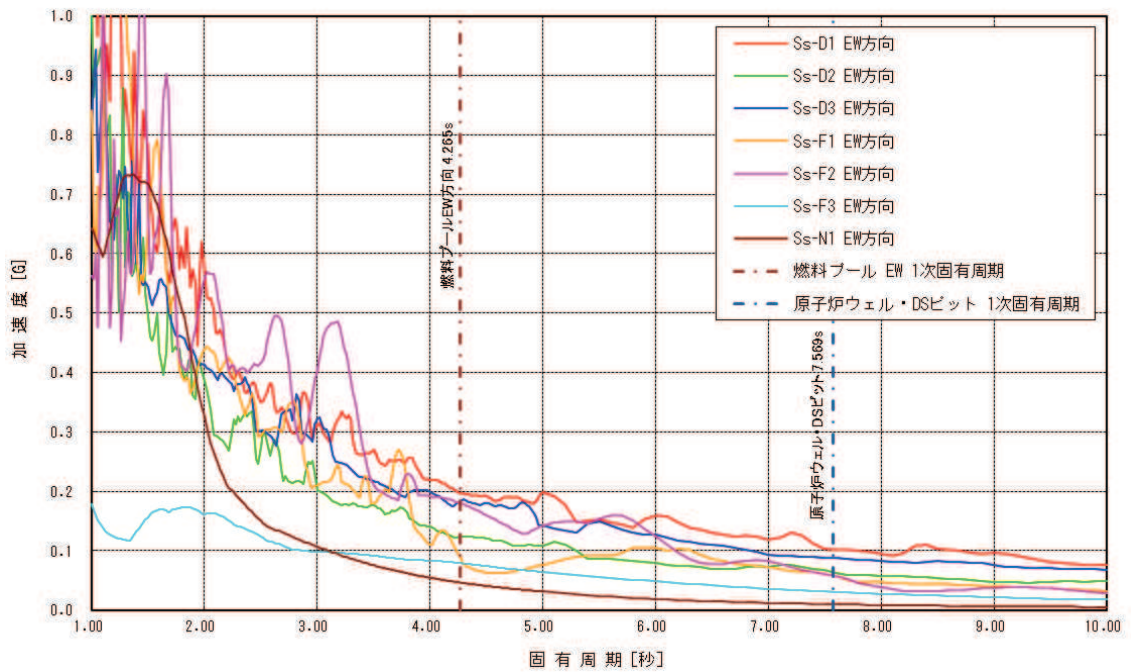


図 7.4-2 水平方向床応答スペクトルと使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及び DS ピットの固有周期との関係 (EW 方向)

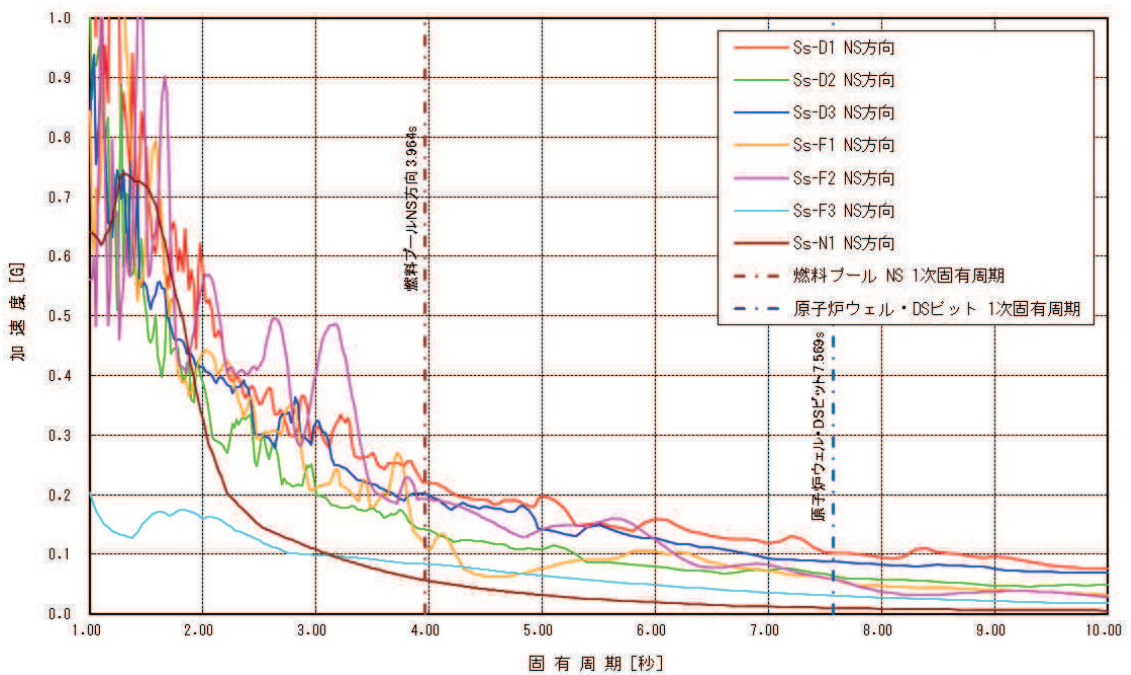


図 7.4-3 水平方向床応答スペクトルと使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及び DS ピットの固有周期との関係 (NS 方向)

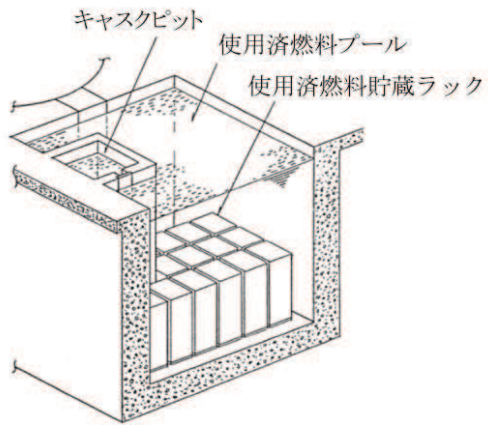


図 7.4-4 使用済燃料プールの概要図

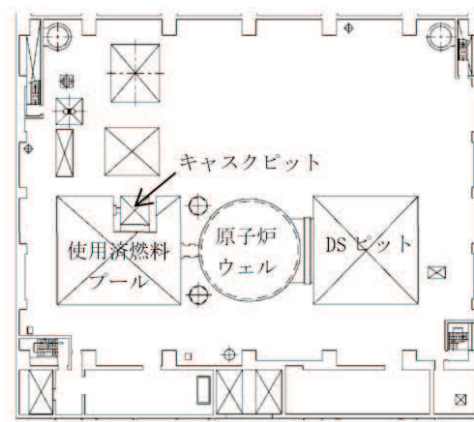


図 7.4-5 原子炉建屋 3 階の機器配置図 (平面図)

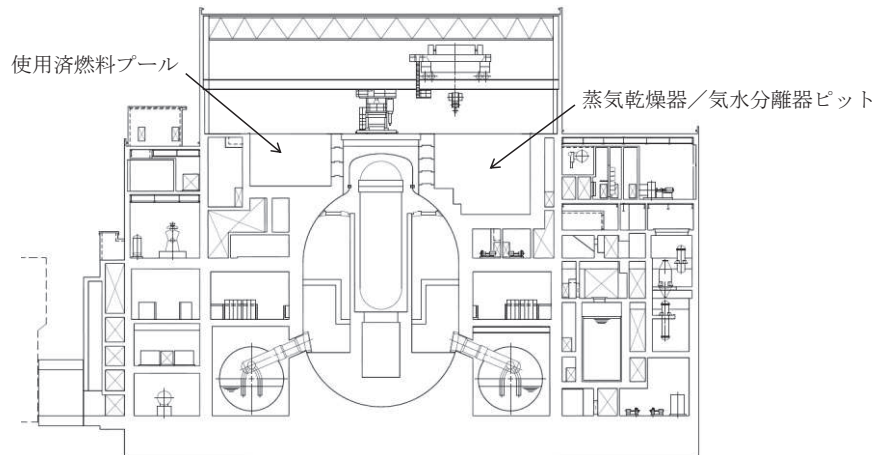


図 7.4-6 原子炉建屋の断面図 (EW 断面)

2.2 解析条件

解析条件を表 7.4-3 に示す。解析モデル図を図 7.4-7 及び図 7.4-8 に示す。

表 7.4-3 解析条件

モデル化範囲	<ul style="list-style-type: none"> 使用済燃料プール，原子炉ウエル及び DS ピット
境界条件	<ul style="list-style-type: none"> 使用済燃料プール等の周辺に設置されているカーブ上端高さ（燃料取替床の床面高さ+0.1m）以上に上昇し，プール外側に溢れた水を溢水量として計算
初期水位	<ul style="list-style-type: none"> 通常水位 (N. W. L)，O. P. +32.895m（オーバーフロー水位）
評価用地震動	<ul style="list-style-type: none"> 原子炉建屋 O. P. +22.5m の応答を使用 基準地震動 S_s (S_s-D1：応答スペクトルに基づく地震動) に対し，NS 方向と UD 方向，EW 方向と UD 方向の時刻歴を用いる。
解析コード	<ul style="list-style-type: none"> Fluent Ver. 14.5（汎用熱流体解析コード） 自由表面（及び 2 流体界面）の大変形を伴う複雑な 3 次元流動現象を精度よく計算することができる。 一般産業施設の主要な解析実績としては，液体燃料や LNG タンクスロッシング解析，インクジェット解析，鋳造湯流れ凝固解析などが挙げられる。
その他	<ul style="list-style-type: none"> 解析時間：250 秒 （溢水量に有意な増加が確認できなくなった時間） <div style="border: 1px solid black; height: 100px; width: 100%;"></div> 使用済燃料プール等の内部の構造物はキャスクピットと底面段差を考慮するが，使用済燃料貯蔵ラック，蒸気乾燥器及びシュラウドヘッドは考慮しない。 キャスクピット内プールは中実構造とする。 プール周囲に設置されているフェンス等による溢水の抑制効果は考慮しない。 使用済燃料プール内部の水は通常水位で一定管理されているものとする。 一度使用済燃料プール外へ溢水した水は，再度プール内に戻ることも想定されるが，解析上は再びプール内に戻らないこととする。 水平 2 方向及び鉛直方向の 3 方向加振を保守的に考慮するよう，NS+UD 方向地震動による解析値及び EW+UD 方向地震動による解析値を足し合わせて 1.1 倍した値を，スロッシングによる内部溢水影響評価に用いる溢水量として設定する。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

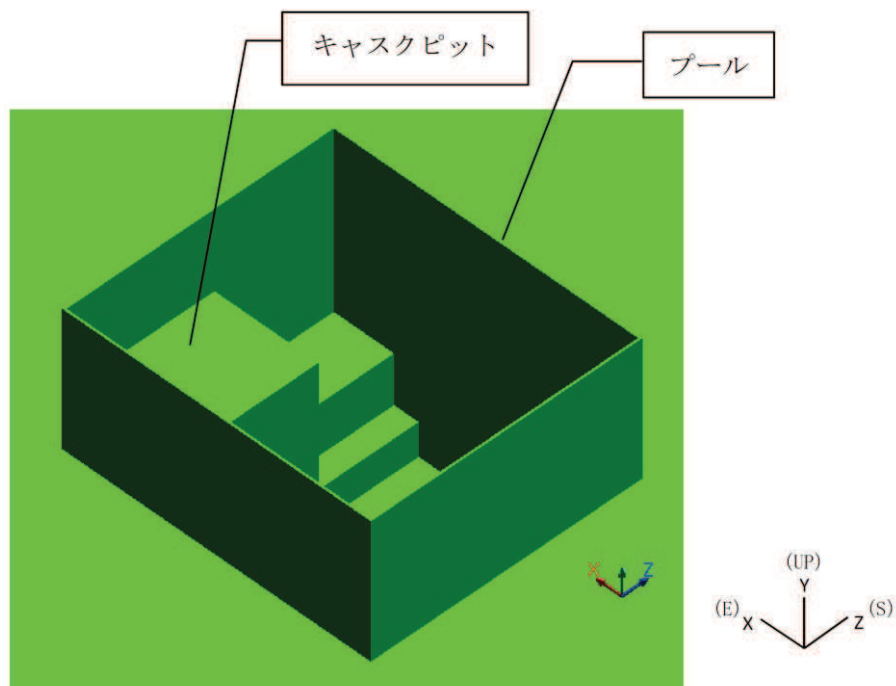


図 7. 4-7 使用済燃料プールの解析モデル図 (1/2)

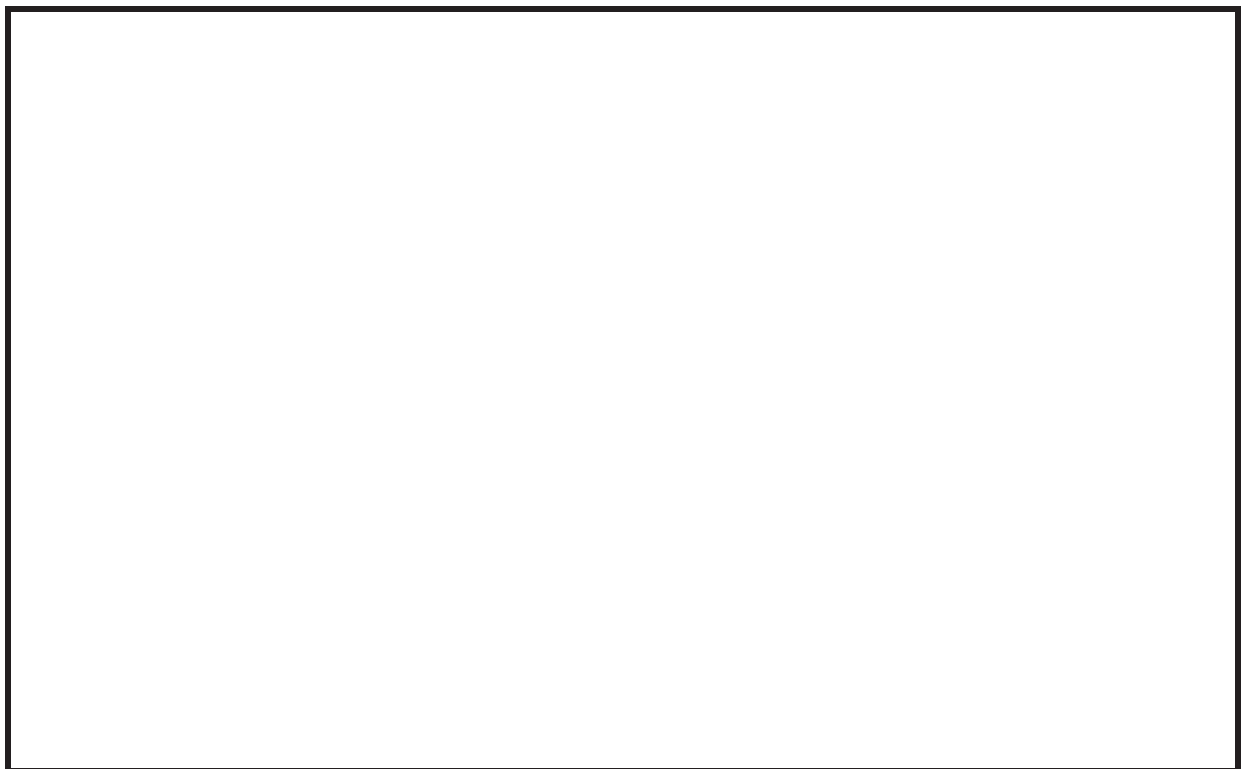


図 7. 4-7 使用済燃料プールの解析モデル図 (2/2)

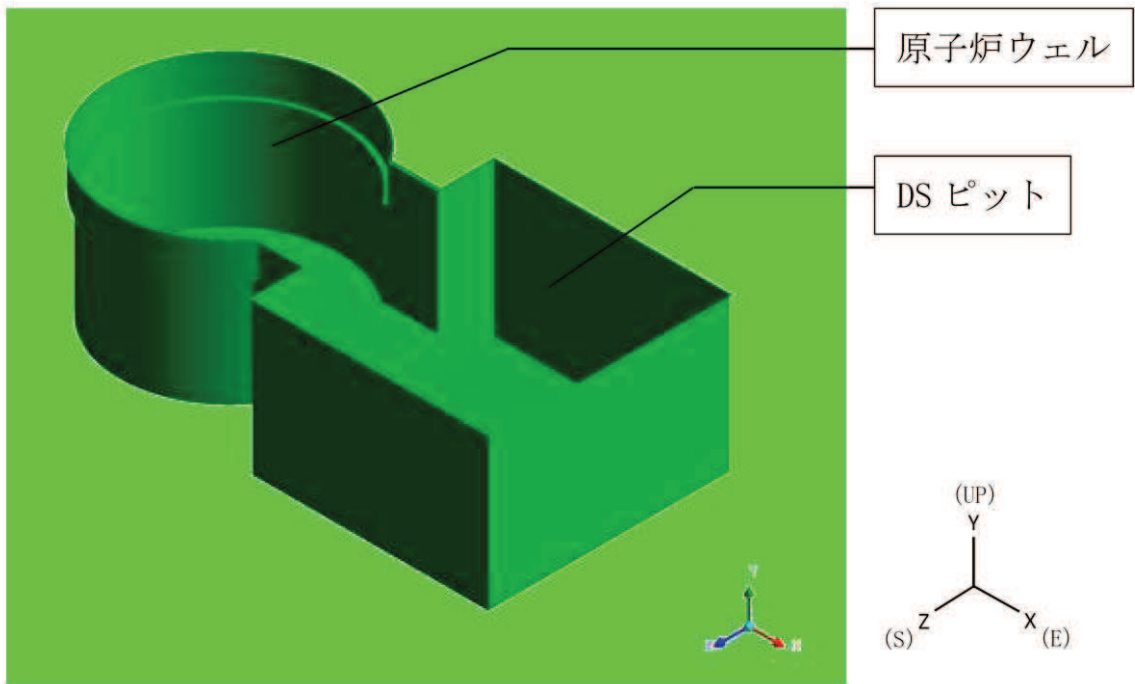


図 7.4-8 原子炉ウェル及びDS ピットの解析モデル図 (1/2)

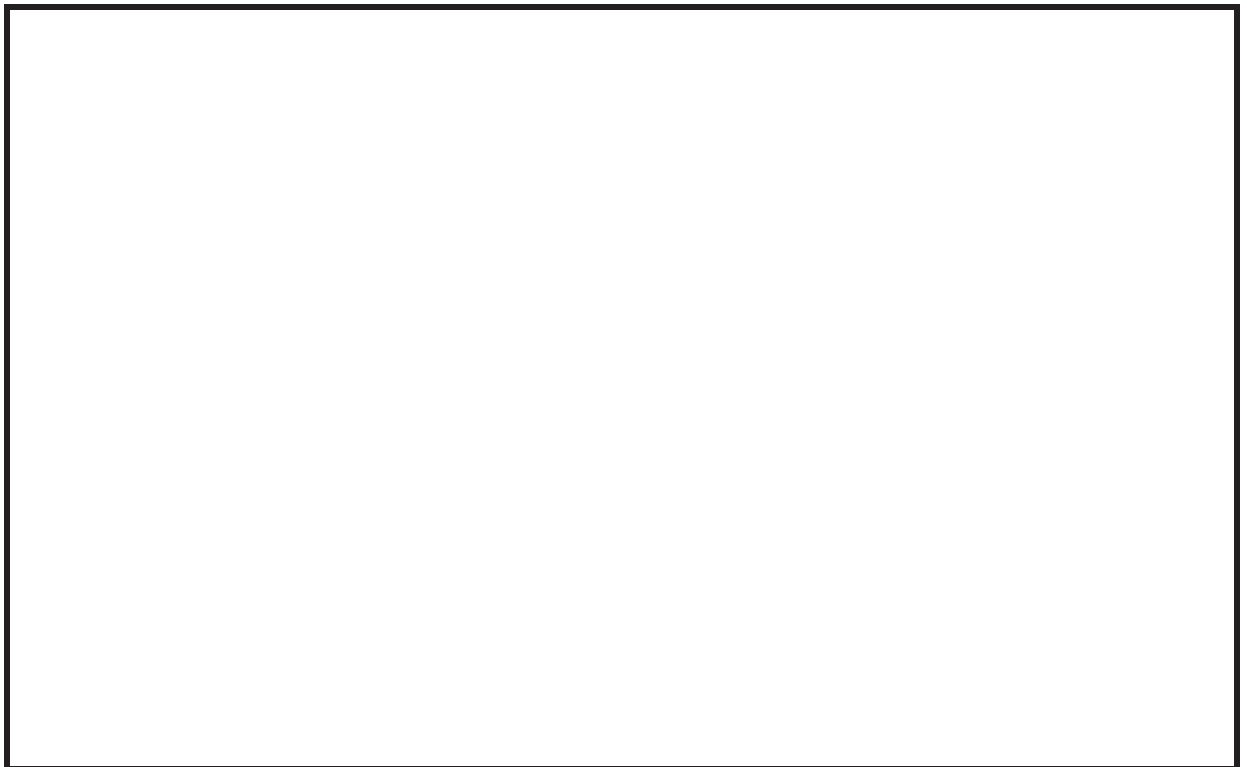


図 7.4-8 原子炉ウェル及びDS ピットの解析モデル図 (2/2)

2.3 入力地震動

入力する地震動は、基準地震動 S_s （全7波）のうち地震継続時間及び応答加速度の観点から使用済燃料プール並びに原子炉ウェル及び DS ピットの固有周期における応答が最も大きい S_s -D1 を評価用代表地震波として選定し、原子炉建屋 0.P. +22.50m の応答波を用いて、2方向（EW 方向+UD 方向、NS 方向+UD 方向）同時入力時刻歴解析を実施した。

S_s -D1 の継続時間を表 7.4-4 に示す。 S_s -D1 による入力地震動を図 7.4-9～図 7.4-11 に示す。

表 7.4-4 地震波と解析ケース

評価ケース	適用入力地震波	継続時間	地震動の入力方向
Case1	Ss-D1	137.90	EW+UD
Case2			NS+UD

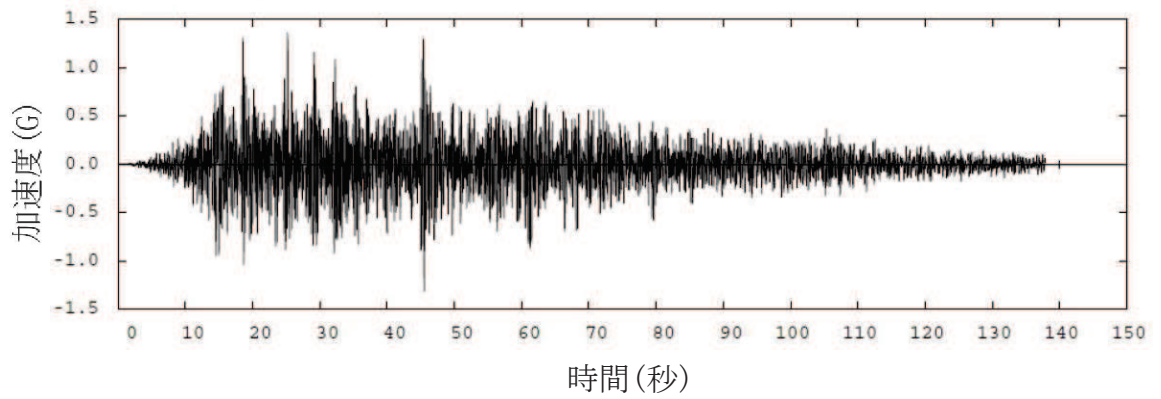


図 7.4-9 評価用地震動 (Ss-D1) の時刻歴加速度波形 (EW 方向)

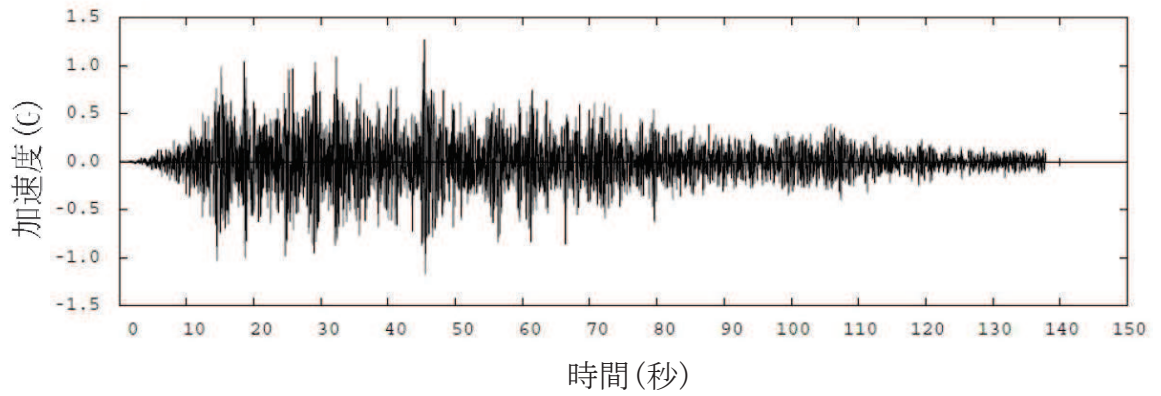


図 7.4-10 評価用地震動 (Ss-D1) の時刻歴加速度波形 (NS 方向)

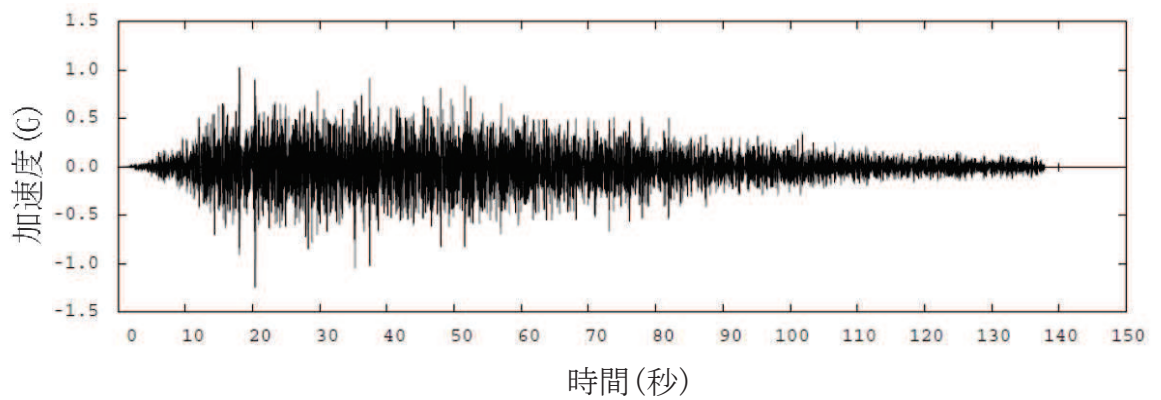


図 7.4-11 評価用地震動 (Ss-D1) の時刻歴加速度波形 (UD 方向)

2.4 評価結果

各評価ケースにおける使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及び DS ピットのスロッシングによる溢水量と水位を表 7.4-5 及び表 7.4-6 に示す。なお、スロッシング後の水位の算出にあたっては、プール水位を一定に保っていることから通常水位とする。

また、使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及び DS ピットからの溢水量の変化を図 7.4-12 及び図 7.4-13 に示す。また、使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及び DS ピットの液面状況を図 7.4-14 及び図 7.4-15 に示す。

表 7.4-5 スロッシングによる溢水量

評価ケース	解析結果[m ³]		評価に用いる 溢水量[m ³]
	使用済燃料 プール	原子炉ウエル 及び DS ピット	
Case1 : EW+UD 方向	37	60	79*1 (212*2)
Case2 : NS+UD 方向	34	61	

注記*1 : 水平 2 方向及び鉛直方向の 3 方向加振を考慮するよう、使用済燃料プールのスロッシングによる溢水量の Case1 及び Case2 の解析結果を足し合わせ、10%の余裕を見込み、小数第 1 位を切り上げ処理し算出した。

*2 : 水平 2 方向及び鉛直方向の 3 方向加振を考慮するよう、使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及び DS ピットを含めたスロッシングによる溢水量の Case1 及び Case2 の解析結果を足し合わせ、10%の余裕を見込み、小数第 1 位を切り上げ処理し算出した。

表 7.4-6 スロッシング発生後の使用済燃料プール水位

初期プール水位 (m)	11.515 (O. P. +32.895)
水位低下量 (m) (使用済燃料プール単独のスロッシングを考慮した場合)	0.52*1
水位低下量 (m) (原子炉ウエル・DS ピットのスロッシングも考慮した場合)	0.52*2
スロッシング発生後のプール水位 (m) (使用済燃料プール単独のスロッシングを考慮した場合)	10.995 (O. P. +32.375)
スロッシング発生後のプール水位 (m) (原子炉ウエル及び DS ピットのスロッシングも考慮した場合)	10.995 (O. P. +32.375)

注記*1 : 溢水量 (79m³) を使用済燃料プールの面積で除し、小数第 3 位を切り上げて算出した。

*2 : 溢水量 (212m³) を使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及び DS ピットの合計面積で除し、小数第 3 位を切り上げて算出した。

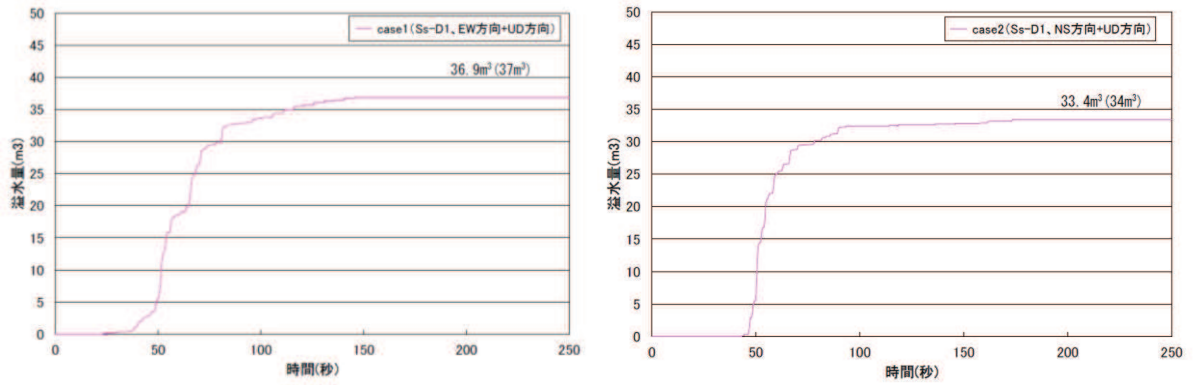


図 7.4-12 溢水量の時間変化（使用済燃料プール）

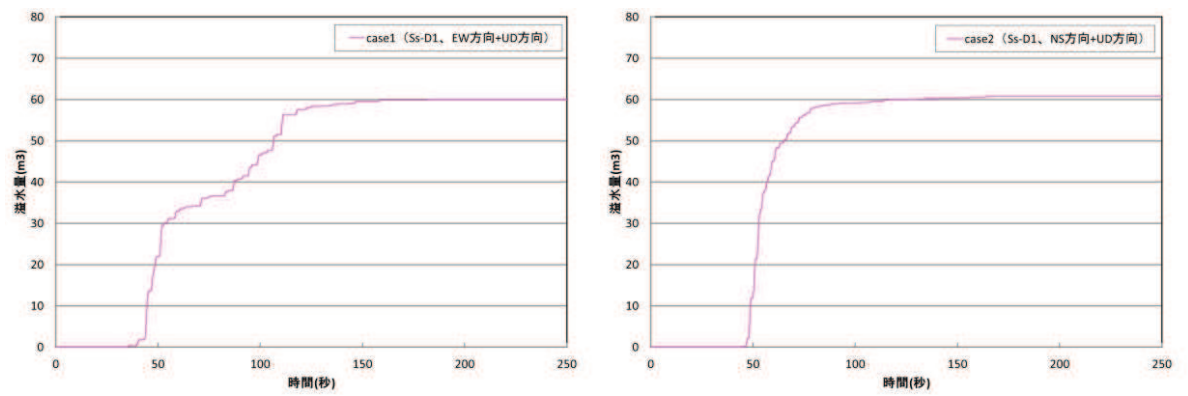


図 7.4-13 溢水量の時間変化（原子炉ウェル及びDSピット）

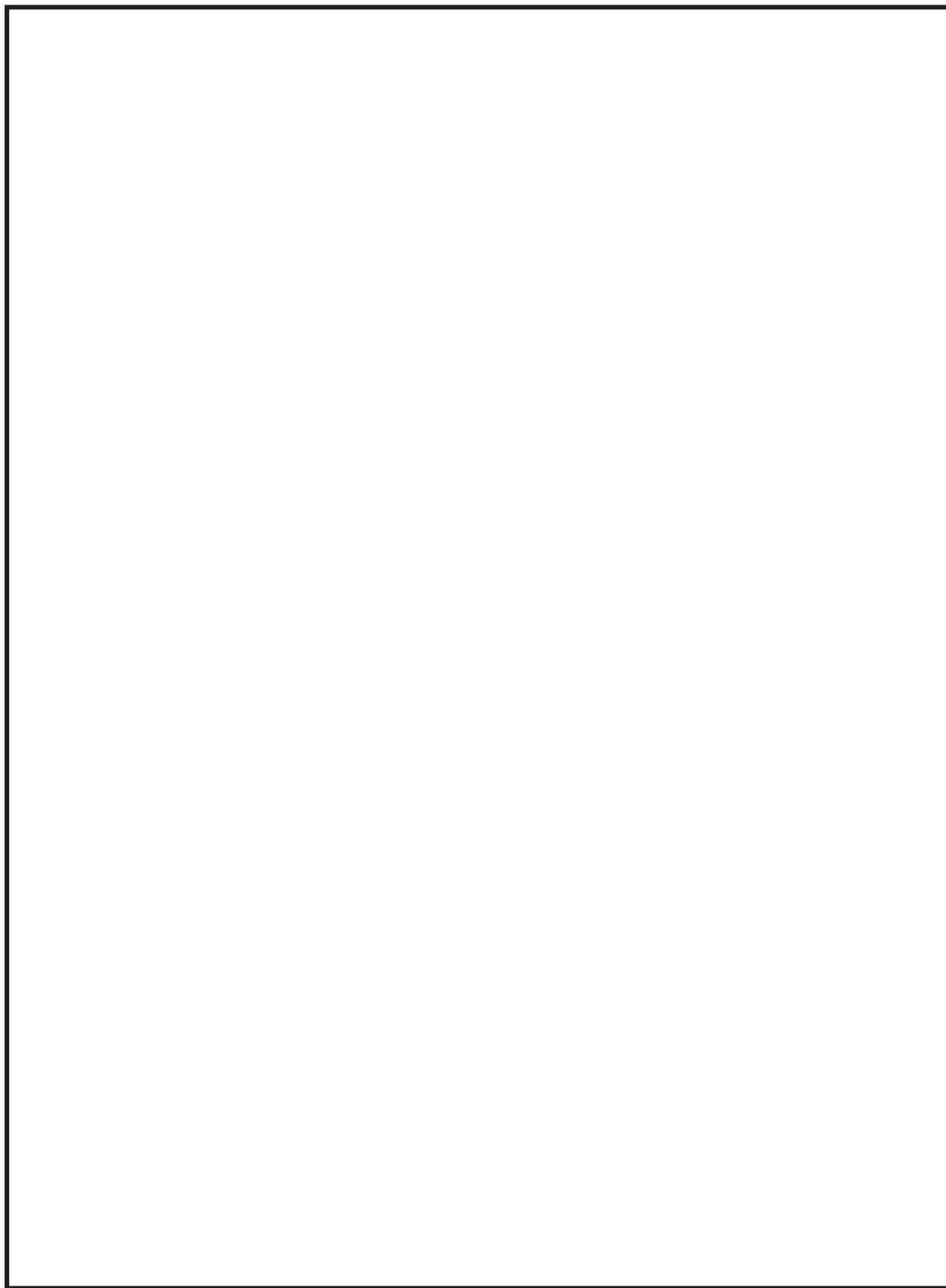


図 7.4-14 使用済燃料プールの液面状況（最高液位発生時）

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

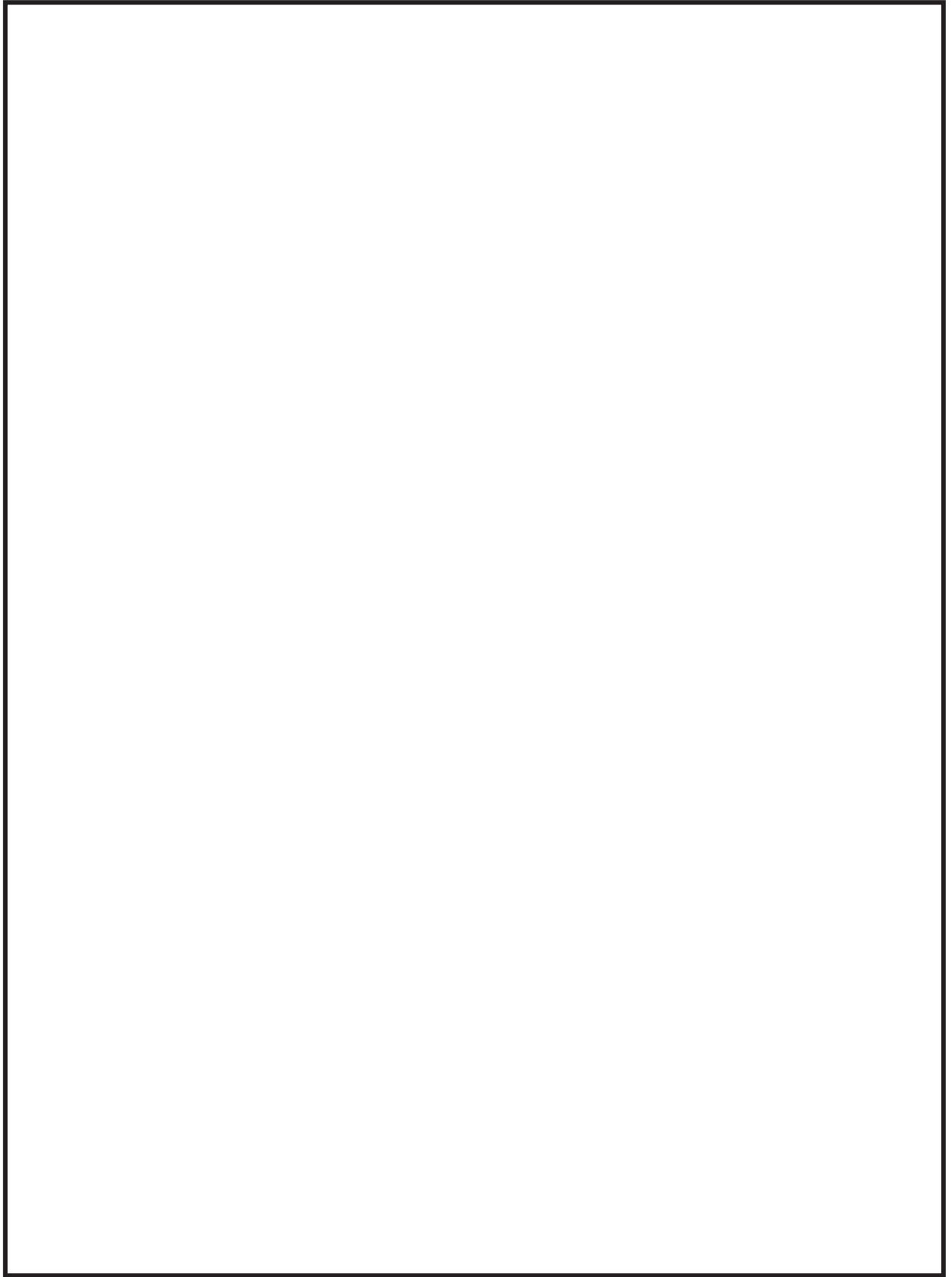


図 7.4-15 原子炉ウェル及び DS ピットの液面状況（最高液位発生時）

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

3. 使用済燃料プール等のスロッシングに対する冷却機能及び遮蔽機能の維持の確認

3.1 使用済燃料プール等のスロッシングに対する冷却機能の維持

地震起因による溢水影響評価において、残留熱除去系による使用済燃料プールへの冷却機能・給水機能が維持されることを確認しているが、表 7.4-4 より地震後の使用済燃料プール水位が一時的にプール冷却に必要な水位 (11.515m オーバーフロー水位) を下回るため、使用済燃料プール水の温度上昇に対する時間余裕と、系統切替操作にかかる時間を評価し、使用済燃料プール水温が保安規定で定める水温 (65℃) を上回らないことを、以下のとおり確認した。

3.1.1 使用済燃料プール水の温度上昇に対する時間余裕と系統切替操作にかかる時間

使用済燃料プール水の温度上昇に対する時間余裕については、有効性評価で想定している、原子炉停止後に最短時間 (原子炉停止後 10 日) で取り出された全炉心分の燃料と、過去に取り出された貯蔵燃料が、使用済燃料貯蔵ラックに最大数保管されていることを想定し、また地震に伴うスロッシングによる溢水量 41 (m³) を使用済燃料プールの初期保有水量から差し引いた状態にて算出した。使用済燃料プール水温度が 65℃に到達するまでの時間余裕を表 7.4-7 にまとめる。なお、初期水温は 40℃と想定した。また、残留熱除去系による使用済燃料プールへの給水に要する時間を表 7.4-8 示す。

以上により、使用済燃料プール水温度上昇に対する時間余裕の中で、残留熱除去系によるプールへの給水が完了し、またプール冷却機能も維持されていることから、使用済燃料プール水温が保安規定で定める水温 (65℃) を上回ることはない。

表 7.4-7 使用済燃料プール水温度と時間余裕

使用済燃料プール水	65℃到達時間 (h)	100℃到達時間 (h) (参考)
	5	13

表 7.4-8 残留熱除去系による使用済燃料プールへの給水に要する時間

現場所要時間 (min) (漏えい箇所の特定, 系統切替操作)	50 ^{*1}
給水流量 (m ³ /h)	300 ^{*2}
給水完了時間 (h)	2 ^{*3}

注記*1: 残留熱除去系への系統切替手順は運転手順書にて定められている。また現場所要時間 (漏えい箇所の特定, 系統切替操作) が 50 分程度であること及び系統切替操作時の運転員によるアクセス性について問題ないことを確認している。

*2: 運転手順書にて定める, 残留熱除去系ポンプ 1 台の運転時流量

*3: 現場所要時間 (漏えい箇所の特定, 系統切替操作) 及び給水時間に余裕を考慮し設定

3.2 使用済燃料プール等のスロッシングに対する遮蔽機能の維持

使用済燃料プール並びに原子炉ウエル及び DS ピットからのスロッシングによる溢水量がプール外へ流失した際に、使用済燃料の遮蔽機能に必要なプール水位が確保されていることを確認した結果を表 7.4-9 に示す。

表 7.4-9 溢水時における使用済燃料プールの遮蔽機能維持の確認結果

スロッシング発生後のプール水位 (m) (使用済燃料プール単独のスロッシングを考慮した場合)	11.245 (O. P. +32.625)
スロッシング発生後のプール水位 (m) (原子炉ウエル及び DS ピットのスロッシングも考慮した場合)	11.255 (O. P. +32.635)
遮蔽機能の維持に必要な水位*1 (m)	7.958 (O. P. +29.338)

注記*1：使用済燃料を考慮した、使用済燃料プール水面の設計基準線量率 ($\leq 0.05\text{mSv/h}$) を満足する水位

4. 原子炉ウェル及びDSピットを考慮した溢水量について

使用済燃料プール並びに原子炉ウェル及びDSピットのスロッシングによる溢水を含めた地震時の機器の破損による溢水が発生した場合に必要な安全機能が損なわれないことを確認する。

表 7.4-3 に示す溢水量 (212m³) が原子炉建屋原子炉棟 3 階燃料取替床に流出した場合、燃料取替床における想定破損 (原子炉補機冷却水系の溢水量 265m³) による溢水影響評価結果に包含されることから、必要な安全機能が損なわれることはない。

汎用熱流体解析コード「Fluent」の検証の概要

使用済燃料プールのスロッシング解析は、汎用流体解析コード「Fluent」(Ver.14.5) (以下「Fluent」という。)を用いて実施している。この汎用熱流体解析コードの検証として、矩形プールのスロッシング試験結果について本解析コードで解析した結果、プール内部の液面変動および溢水量が試験とほぼ一致する。

検証の概要

矩形プールのスロッシング試験結果*を基に、スロッシング解析に対する Fluent コードの適用性を検証した。
 注記*：矩形プールのスロッシング抑制法(3) 水平抑制板の溢水量低減効果 M34 (株) 東芝 ○渡邊 和、丹羽 博志、露木 陽、藁科 正彦 (日本原子力学会「2013 年春の年会」2013 年 3 月 26～28 日、近畿大学 東大阪キャンパス)

水流動試験

(1) 試験装置
 矩形プールを模擬した試験体を図-1 に示す。

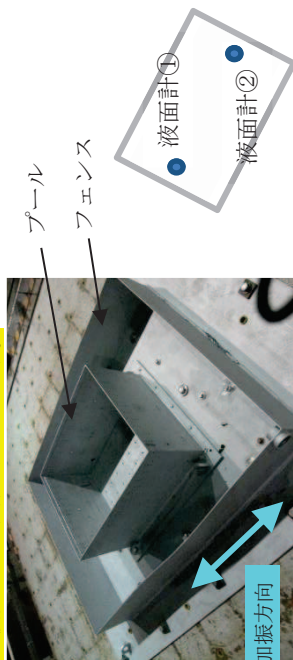


図-1 試験体形状

(2) 試験体寸法
 プール寸法は 900mm×700mm×413mm、基準水位は 350mm (水量約 0.22m³) である。
 (3) 加振条件
 プール長辺方向のスロッシング 1 次固有振動数は 0.85Hz である。この時の共振振動数による正放 5 波で長辺方向に加振する。

(4) 計測項目

- 液面変動：試験体短辺の中心付近に設置した液面計により計測
- 溢水量；加振後の水位低下量を計測

検証解析

(1) 解析モデル
 試験体プールの形状を模擬した 3 次元モデルを作成した。解析モデルの概要を図-2 に示す。

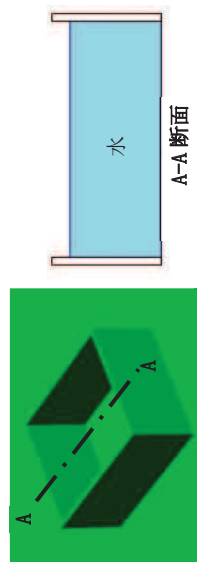


図-2 解析モデル概要

(2) 解析結果

○液面変動の比較

プール長辺方向の液面変動について、試験と解析を比較した結果を図-3 に示す。解析は試験とほぼ同じ液面変動を示す。

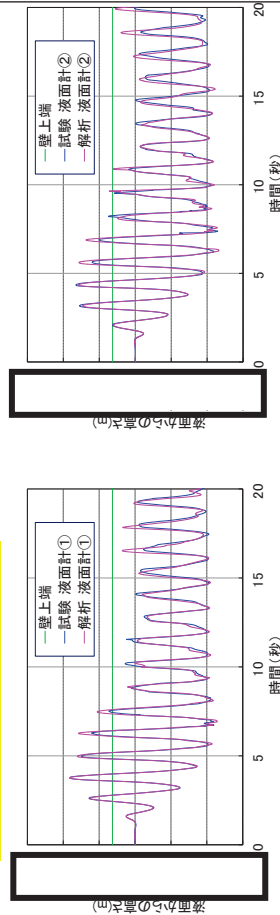


図-3 液面変動比較結果

○溢水量比較

試験と解析の溢水量を比較した結果を表-1 に示す。解析の溢水量は試験の約 97% である。

表-1 溢水量比較	
試験	0.079m ³
解析	0.077m ³

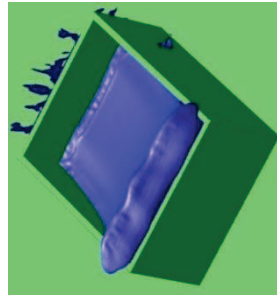
○スロッシング挙動比較

液面変動の比較を以下に示す (液位がほぼ最高を示す時点)。

試験 (ビデオ)



解析 (VOF=0.5)



8. その他の溢水による溢水影響評価について

8.1 タービン建屋内で発生する溢水の溢水影響評価について

1. 概要

タービン建屋における溢水の発生を想定するエリアは、管理区域および非管理区域の 2 エリアである。それぞれ地震に起因する耐震 B, C クラス機器の破損、循環水配管の伸縮継手の破損を想定し、ポンプの停止や弁の閉止により隔離が完了するまでの間に生じる溢水と耐震 B, C クラス機器の保有水による溢水が、タービン建屋各エリアの空間部に滞留するものとして浸水水位を算出する。

管理区域については、循環水系隔離システムによる自動隔離機能に期待した評価を実施する。

非管理区域については、タービン補機冷却海水系隔離システムによる自動隔離に期待した評価を実施する。

なお、想定破損による溢水及び消火水の放水による溢水については、地震により発生する溢水より溢水量が少ないことから、地震による溢水の評価に包含される。

2. 管理区域の溢水量評価

2.1 評価条件

- (1) 手動隔離は期待しない。
- (2) 系統保有水量には配管保有水量に加えて、機器の内容積も考慮する。
- (3) 給水系の溢水量算出は、①配管破断⇒②原子炉水位低 (L2) ⇒③主蒸気隔離弁「閉」⇒④復水器ホットウェル水位低下⇒⑤低圧復水ポンプトリップ⇒⑥高圧復水ポンプトリップ⇒⑦原子炉給水ポンプトリップとし、③から⑦までの漏えい量は復水器ホットウェル水位の変化量 (NWL~LLWL) とした。また、①から③までの漏えい時間は 60 秒と想定した。
- (4) ヒータードレン系については地震スクラム⇒主蒸気隔離弁「閉」⇒タービントリップ⇒ドレン発生停止とした。
- (5) 循環水系については、復水器入口の伸縮継手部の全周破損を想定し、循環水系隔離システムによる自動隔離を考慮し、復水器入口の伸縮継手部の全周破損に伴う漏えい開始 20 秒後に復水器室にて漏えいを検知し、循環水ポンプトリップ⇒漏えい検知の 30 秒後に循環水ポンプ吐き出し停止となり漏えいが止まるものとして算定した。なお、津波による影響に関しては、津波来襲前に復水器水室出入口弁を全閉することにより、津波がタービン建屋内に浸入しないため、影響はない。

2.2 溢水量と浸水水位の評価

耐震B,Cクラス設備の破損および循環水系配管の破損に伴う溢水量の算出結果を表8.1-1に示す。

(1) 給水系の系統漏えい量について

給水系の系統漏えい量 W1 は、2.1(3)の評価条件に基づき算出した。算出結果を表8.1-2に示す。

(2) 循環水系の系統漏えい量について

給水系の系統漏えい量 W1 は、2.1(5)の評価条件に基づき算出した。算出結果を表8.1-3に示す。

表 8.1-1 タービン建屋（管理区域）系統別溢水量

対象系統		系統保有水量(m ³) W2	系統漏えい量(m ³) W1	系統溢水量(m ³) W(=W1+W2)
K11	RD	11	0	11
K12	LCW	22	0	22
K13	HCW	22	0	22
K17	SD	22	0	22
K21	SS	55	0	55
N21	C, FDW	649	496	1, 145
N22	HD	330	0	330
N26	CF	132	0	132
N27	CD	209	0	209
N32	EHC	11	0	11
N34	LO	198	0	198
N44	SWC	22	0	22
N71	CW	1, 200	2, 770	3, 970
P11	MUWP	11	0	11
P13	MUWC	33	0	33
P14	FW	11	0	11
P24	HNCW	110	0	110
P42	RCW	66	0	66
P43	TCW	231	0	231
P62	HS/HSCR	19	0	19
P64	HWH	33	0	33
U43	FP	180	0	180

地震起因による溢水量 (W の合計値) =6, 843m³

表 8.1-2 給水系の系統漏えい量

	溢水流量 (m ³ /h) Q	漏えい時間 (s) t	系統漏えい量 (m ³) W1
配管破断～主蒸気隔離弁閉まで	5760*	60	96
主蒸気隔離弁閉～ 原子炉給水ポンプトリップまで	—	—	400

地震起因による給水系の系統漏えい量合計 (W1 の合計値) =496m³

注記* : 2880m³/h (原子炉給水ポンプの容量) ×2 (原子炉給水ポンプ台数) より算出

表 8.1-3 循環水系の系統漏えい量

	溢水流量 (m ³ /min) Q	漏えい時間 (s) t	系統漏えい量 (m ³) W1
漏えい開始から漏えい検知まで	3324*	20	1108
漏えい検知から循環水ポンプ吐 出し停止まで	3324*	30	1662

地震起因による循環水系の系統漏えい量合計 (W1 の合計値) =2770m³

注記* : 1662m³/min (循環水ポンプの吐出流量) ×2 (循環水ポンプ台数) より算出

上記より算出したタービン建屋 (管理区域) の地震による溢水量及び溢水水位を表 8.1-4 に示す。

表 8.1-4 タービン建屋 (管理区域) における溢水水位

区画		溢水量 (m ³)	滞留面積 (m ²)	溢水水位 (m)
名称	基準床レベル	①	②	③
復水器室 共通エリア	0. P. +0. 8m	6, 003* ¹	2, 761. 9	2. 2* ²

注記*1 : 復水器廻りの掘込部の容積, 840m³を考慮した値

*2 : 床面のコンクリート増し打ち分の最大値, 55mm を考慮した値

3. 非管理区域の溢水量評価

3.1 評価条件

- (1) 手動隔離は期待しない。
- (2) 系統保有水量には配管保有水量に加えて、機器の内容積も考慮する。
- (3) タービン補機冷却海水系については、タービン補機冷却海水系隔離システムによる自動隔離を考慮し、配管破損に伴う漏えい開始 30 秒後にタービン補機冷却水系熱交換器・ポンプ室にて漏えいを検知し、タービン補機冷却海水ポンプトリップ⇒漏えい検知の 30 秒後にタービン補機冷却海水ポンプ吐き出し停止となり漏えいが止まるものとして算定した。なお、津波による影響に関しては、津波来襲前にタービン補機冷却海水ポンプ吐出弁を全閉することにより、津波がタービン建屋内に浸入しないため、影響はない。

3.2 溢水量と浸水水位の評価

耐震 B, C クラス設備の破損およびタービン補機冷却海水系配管の破損に伴う溢水量の算出結果を表 8.1-5 に示す。

表 8.1-5 タービン建屋（非管理区域）系統別溢水量

対象系統		系統保有水量 (m ³) W2	系統漏えい量 (m ³) W1	系統溢水量 (m ³) W (=W1+W2)
P11	MUWP	11	0	11
P14	FW	11	0	11
P24	HNCW	110	0	110
P42	RCW	66	0	66
P43	TCW	231	0	231
P46	TSW	99	75	174
P62	HS/HSCR	19	0	19
U43	FP	180	0	180
U63	MSC	22	0	22

地震起因による溢水量 (W の合計値) =824m³

(1) タービン補機冷却海水系の系統漏えい量について

給水系の系統漏えい量 W1 は、3.1(3) の評価条件に基づき算出した。算出結果を表 8.1-6 に示す。

表 8.1-6 タービン補機冷却海水系の系統漏えい量

	溢水流量 (m ³ /min) Q	漏えい時間 (s) t	系統漏えい量 (m ³) W1
漏えい開始から漏えい検知まで	75*	30	37.5
漏えい検知から循環水ポンプ吐出し停止まで	75*	30	37.5

地震起因によるタービン補機冷却海水系の系統漏えい量合計 (W1 の合計値) =75m³

注記* : 37.5m³/min (タービン補機冷却海水ポンプの吐出流量) ×2 (タービン補機冷却海水ポンプ運転台数 (プラント運転状態)) より算出

上記より算出したタービン建屋 (非管理区域) の地震による溢水量及び溢水水位を表 8.1-7 に示す。

表 8.1-7 タービン建屋 (非管理区域) における溢水水位

区画		溢水量 (m ³)	滞留面積 (m ²)	溢水水位 (m)
名称	基準床レベル	①	②	③
タービン補機冷却水系熱交換器・ポンプ室	0. P. -0. 2m	824	410. 9	2. 1

循環水系の溢水量算出に関する補足

1. はじめに

タービン建屋（管理区域）における溢水量の算出に当たっては、循環水系隔離システムによる自動隔離に期待した評価を実施しており、循環水系の溢水量について、漏えいが発生してから循環水ポンプ吐き出し停止までの時間（漏えい検知 20 秒＋循環水ポンプ吐き出し停止 30 秒＝50 秒）として算出していることについて補足するものである。

2. 循環水系配管等の配置状況

破断箇所として想定している復水器水室出入口弁上部の伸縮継手部の配置状況について図 1 に示す。

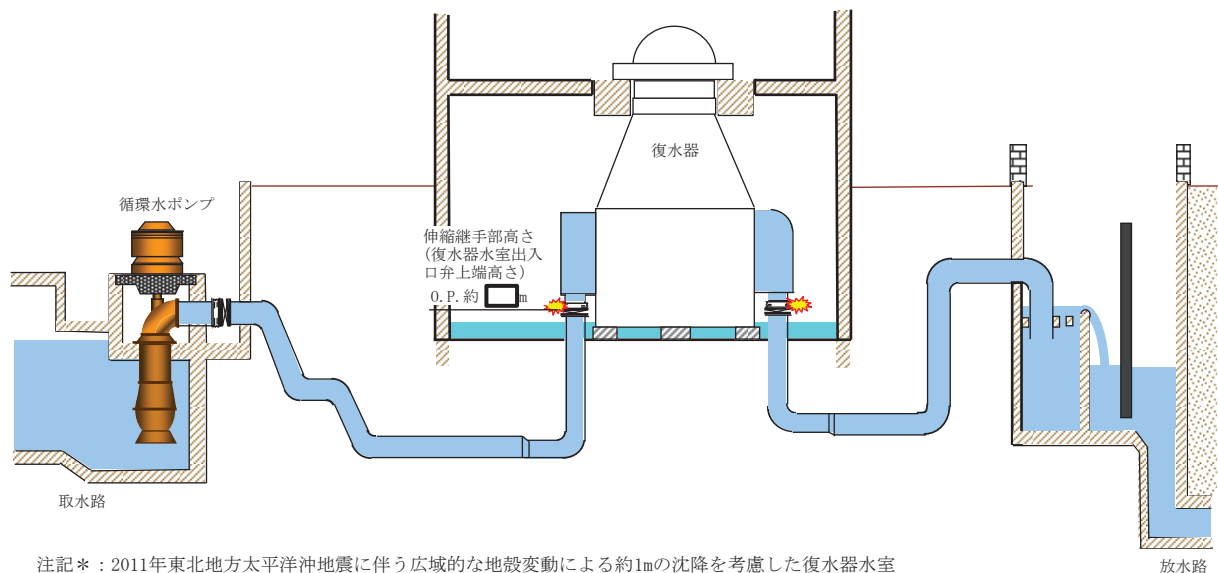


図 1 循環水系配管等配置状況

3. 入力津波高さの確認

添付書類「VI-1-1-2-2-3 入力津波の設定」において、第 2 号機海水ポンプ室及び第 2 号機放水立坑の入力津波の時刻歴波形を確認し、漏えいが発生してから復水器水室出入口弁が閉止するまでの時間（漏えい検知 20 秒＋復水器水室出入口弁閉止約 3 分＝約 200 秒）までの間に、入力津波高さ（O.P. 約 1.9m）が復水器水室出入口弁上部高さ（O.P. 約 [] m）を超えず、サイフォン効果による建屋内への海水の流入は無いことから、循環水ポンプ吐き出し停止までの時間によって循環水系の溢水量を設定する。

枠囲みの内容は、商業機密の観点から公開できません。

8.2 屋外タンクからの溢水影響評価について

1. はじめに

地震起因による屋外タンク等の破損により生じる溢水が，溢水防護区画に設置される防護すべき設備が安全機能を損なわない事を確認した。

2. 屋外に設置されるタンク

女川原子力発電所にある屋外タンク等のうち，基準地震動による地震力に対して耐震性が確保されないタンク等について評価を行った。評価の対象となる屋外タンク等を表 8.2-1 に示す。

表 8.2-1 屋外タンク等一覧 (1/3)

No.	タンク名称	基数	容量 (m ³)	評価に用いる容量(m ³)
1	No.1 純水タンク	1	1000	1000
2	No.2 純水タンク	1	2000	2000
3	第1,2号機ろ過水タンク	1	2000	2000
4	再生純水タンク	1	1000	0* ¹
5	No.1 サプレッション プール水貯蔵タンク	1	2000	0* ¹
6	No.2 サプレッション プール水貯蔵タンク	1	—* ²	—* ²
7	第3号機純水タンク	1	1000	1000
8	第3号機ろ過水タンク	1	2000	2000
9	No.1 原水タンク	1	4000	4000
10	No.2 原水タンク	1	4000	4000
11-1	第1号機復水浄化系復水脱塩装置硫酸貯槽	1	5.4	5.4
11-2	第1号機復水浄化系復水脱塩装置 苛性ソーダ貯槽	1	20	20
12	第1号機差圧調合槽	1	2.2	2.2
13-1	第2号機復水浄化系復水脱塩装置 苛性ソーダ貯槽	1	32	0* ¹
13-2	第2号機復水浄化系復水脱塩装置硫酸貯槽	1	7.5	0* ¹
13-3	第2号機硫酸計量槽	1	0.3	0* ¹

表 8.2-1 屋外タンク等一覧 (2/3)

No.	タンク名称	基数	容量 (m ³)	評価に用い る容量(m ³)
14	第 2 号機 バック入り差圧調合装置	1	1	1
15	第 3 号機 各種薬液貯蔵及び移送系硫酸貯槽	1	2.2	0* ¹
16	第 3 号機 各種薬液貯蔵及び移送系 苛性ソーダ貯槽	1	10.5	0* ¹
17	第 3 号機 差圧調合槽	1	0.1	0.1
18-1	P A C 貯槽	1	2	2
18-2	硫酸貯槽	1	3.9	3.9
18-3	苛性ソーダ貯槽	1	7	7
18-4	H 塔再生用硫酸貯留槽	1	0.3	0.3
19	第 1, 2 号機 給排水建屋	1	375.21	375.21
20	第 3 号機 給排水建屋	1	404.88	404.88
21-1	高置水槽 (給湯系統)	1	6	6
21-2	高置水槽 (給水系統)	1	8	8
22-1	No. 1 高架水槽	1	8	8
22-2	No. 2 高架水槽	1	8	8
23-1	上水高架水槽	1	9.2	9.2
23-2	雑用水高架水槽	1	13.7	13.7
24-1	高架水槽 (飲料用)	1	1.2	1.2
24-2	高架水槽 (雑用)	1	2.0	2.0
24-3	氷蓄熱槽 (PAI-1)	1	1.01	1.01
24-4	氷蓄熱槽 (PAI-3)	1	1.49	1.49
24-5	氷蓄熱槽 (PAI-4)	1	1.49	1.49
24-6	高架水槽 (飲料水)	1	1.5	1.5
24-7	高架水槽 (雑用水)	1	2.2	2.2
24-8	氷蓄熱槽 (PAI-1)	1	1.49	1.49
24-9	氷蓄熱槽 (PAI-2)	1	1.49	1.49
24-10	氷蓄熱槽 (PAI-3)	1	1.49	1.49
25	主復水器用電解鉄イオン注入装置 電解槽	2	3.4	6.8
26	氷蓄熱槽 (PAI-1)	1	1.49	1.49
27	受水槽	1	6	6
28-1	上水受水槽	1	37	37

表 8.2-1 屋外タンク等一覧 (3/3)

No.	タンク名称	基数	容量(m ³)	評価に用いる容量(m ³)
28-2	雑用水受水槽	1	55	55
28-3	受水槽	1	0.5	0.5
29	燃料小出槽	1	0.95	0.95
30	給水タンク	1	2	2
31	配水池	1	300	300
32-1	ろ過タンク (浄水)	1	6	6
32-2	ろ過タンク (浄水)	1	4	4
33	消火水タンク	1	130	130
34	第1号機復水貯蔵タンク*3	1	2000	2000
35	No.1 屋外消火系消火水タンク	1	130	130
36	No.2 屋外消火系消火水タンク	1	130	130
合計容量(m ³)				19700

注記 *1: 評価に用いる容量は、保安規定に基づく発電所の所則類に反映し、運用容量を超過しないように管理する。

*2: 当該設備は廃止。

*3: 復水貯蔵タンク水の放射能濃度の管理値 (上限値) に基づき、被ばく線量評価を行った場合でも、 5.7×10^{-2} mSv/h 程度であり、緊急時の被ばく線量限度 (100mSv) に対し十分な作業時間が確保できることから、アクセス性には影響はない (被ばく線量の算出方法は別紙参照)。

なお、耐震Sクラスの屋外タンクについて表 8.2-2 に示す。表 8.2-1 又は表 8.2-2 に示す屋外タンクの想定破損による溢水影響評価については、表 8.2-1 に示す合計容量を超えないことから、地震起因による溢水影響評価に包含される。

表 8.2-2 耐震Sクラスの屋外タンク

タンク名称	基数	容量(m ³ /基)
第2号機復水貯蔵タンク	1	3000
第2号機軽油タンク	6	110
第2号機軽油タンク (H)	1	170
第3号機軽油タンク	4	250

3. 屋外タンク溢水評価モデルの設定

(1) 水源の配置

女川原子力発電所の溢水影響評価対象となる屋外タンク配置図を図1に示す。評価に影響を及ぼす大型の水源（1000m³以上の大型タンク）は敷地内3箇所に分散配置されていることから（図8.2-1中の赤丸），これらの大型タンクから溢水した場合の影響について確認するため，表8.2-3に示すとおり水源を配置した。

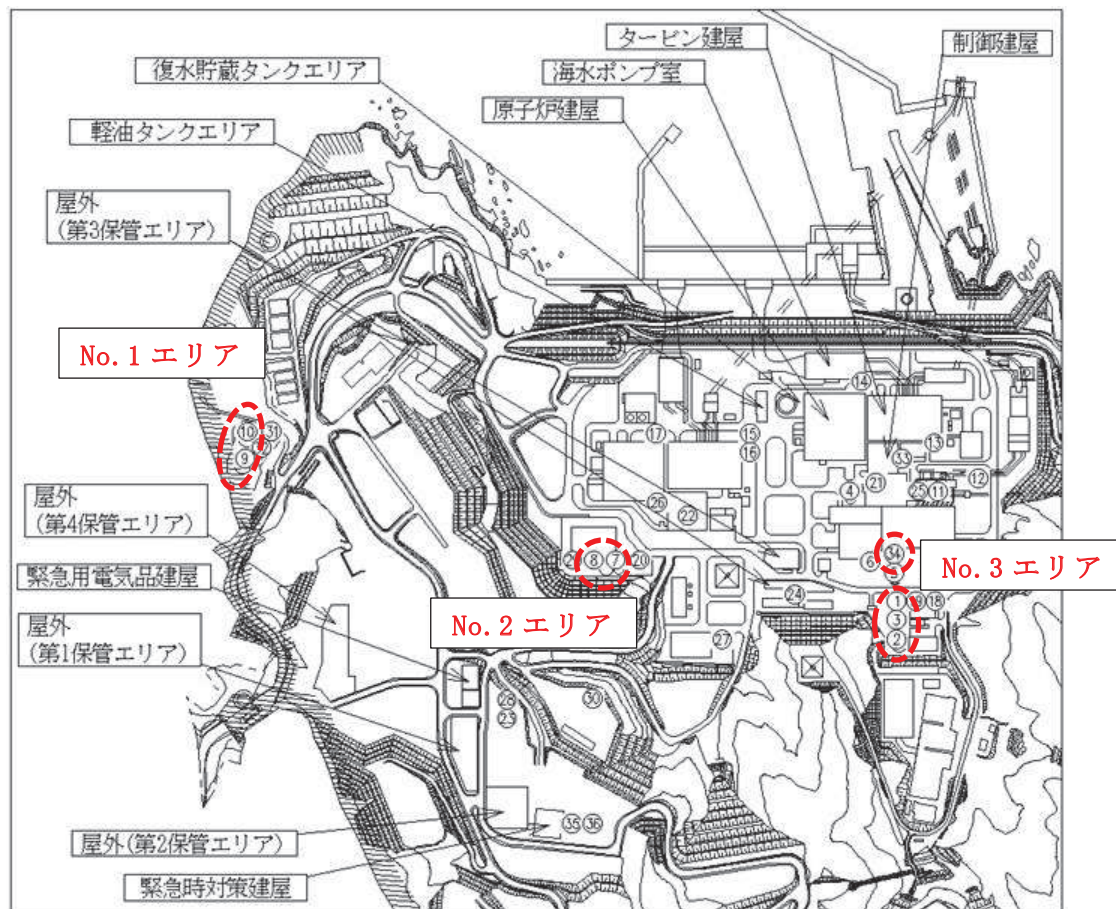


図 8.2-1 溢水影響評価の対象となる屋外タンク配置図

表 8.2-3 水源の配置

エリア	タンク名称	基数	タンク容量 (m ³)	評価に用いる容量*1 (m ³)
No.1	No.1 原水タンク	1	4000	4160
エリア	No.2 原水タンク	1	4000	4160
No.2	第3号機 純水タンク	1	1000	1400
エリア	第3号機 ろ過水タンク	1	2000	2400
No.3 エリア	No.1 純水タンク	1	1000	1200
	No.2 純水タンク	1	2000	2190
	第1,2号機 ろ過水タンク	1	2000	2190
	第1号機 復水貯蔵タンク	1	2000	2000
総量				19700

注記*1：評価に用いる容量は、評価対象タンク周りの屋外タンク容量も加算した。

(2) 評価条件

タンクの損傷形態及び流出水の伝播に係る条件について以下のとおり設定した。

- a. 評価対象タンクは基礎ボルトのない平面タンクであり、地震時にはすべりが発生するためタンクと接続されているすべての配管について全周破断を想定した。
- b. 破断位置については、保守的にタンク付け根部とした。
- c. タンクからの流出については、タンク水頭に応じて流出流量が低下するものとして評価を実施した。
- d. 雨水排水路からの流出や、地盤への浸透は考慮しない。

(3) 解析モデル

解析に使用した敷地モデルを図 8.2-2 に示す。

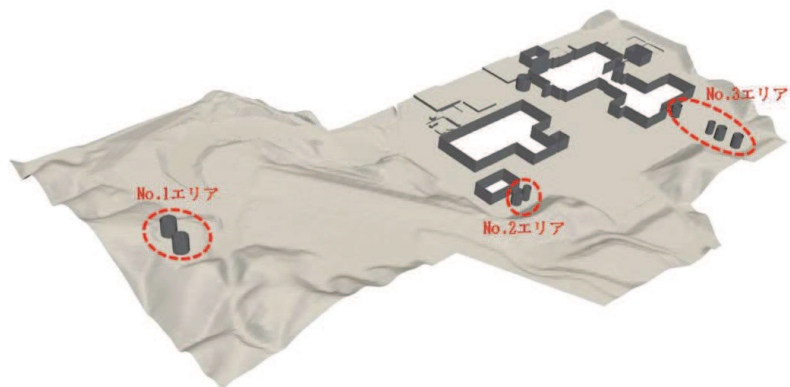


図 8.2-2 敷地モデル

4. 評価評価

屋外タンク破損時の局所的な水位上昇について評価した結果、防護すべき設備が設置されている建屋・エリアのカーブ高さを超えないことを確認した。

なお、敷地が高いエリアで生じる溢水は、敷地の低いエリアに流下することから、高台に設置される第1保管エリア、第2保管エリア、第4保管エリア、緊急用電気品建屋及び緊急時対策建屋は、溢水影響がないとした。

表8.2-4に屋外タンク等破損による溢水影響評価結果を示す。また、溢水伝播挙動を図8.2-4に、水位測定箇所を図8.2-5に、水位測定箇所における浸水深を図8.2-6に示す。

表 8.2-4 屋外タンク等破損による溢水影響評価結果

建屋・エリア	カーブ高さ (m)	溢水量 (m ³)	最大浸水深* ⁵ (m)	評価
原子炉建屋	0.33* ¹	19700	0.11	○
制御建屋	0.33* ¹		0.16	
タービン建屋	0.38* ¹		0.11	
海水ポンプ室	0.20* ² (0.60* ³)		0.09	
復水貯蔵タンク	0.20* ¹		0.11	
第3保管エリア	0.22* ⁴		0.16	

注記 *1：建屋外壁扉等の開口下端レベルから敷地レベルを引いた値（図8.2-3参照）

*2：海水ポンプ室の躯体の上端から敷地レベルを引いた値

*3：海水ポンプ室の躯体上に設置する浸水防止壁上端から敷地レベルを引いた値

*4：第3保管エリアに保管される防護すべき設備のうち最も低い設備（電源車）の機能喪失高さにて設置した値

*5：敷地レベル O. P. +14.8m からの浸水深

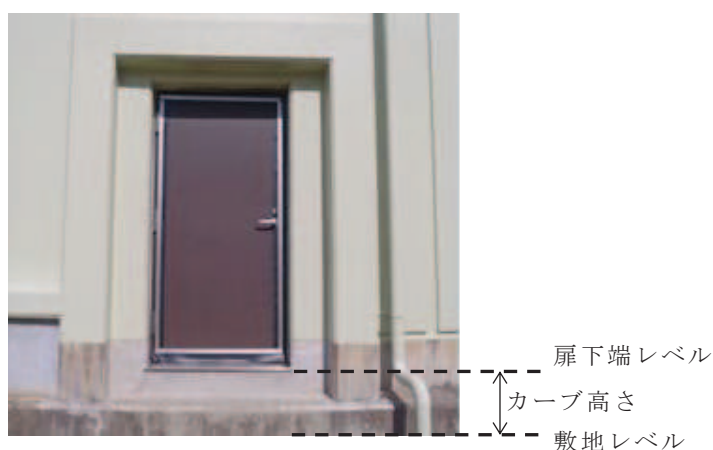
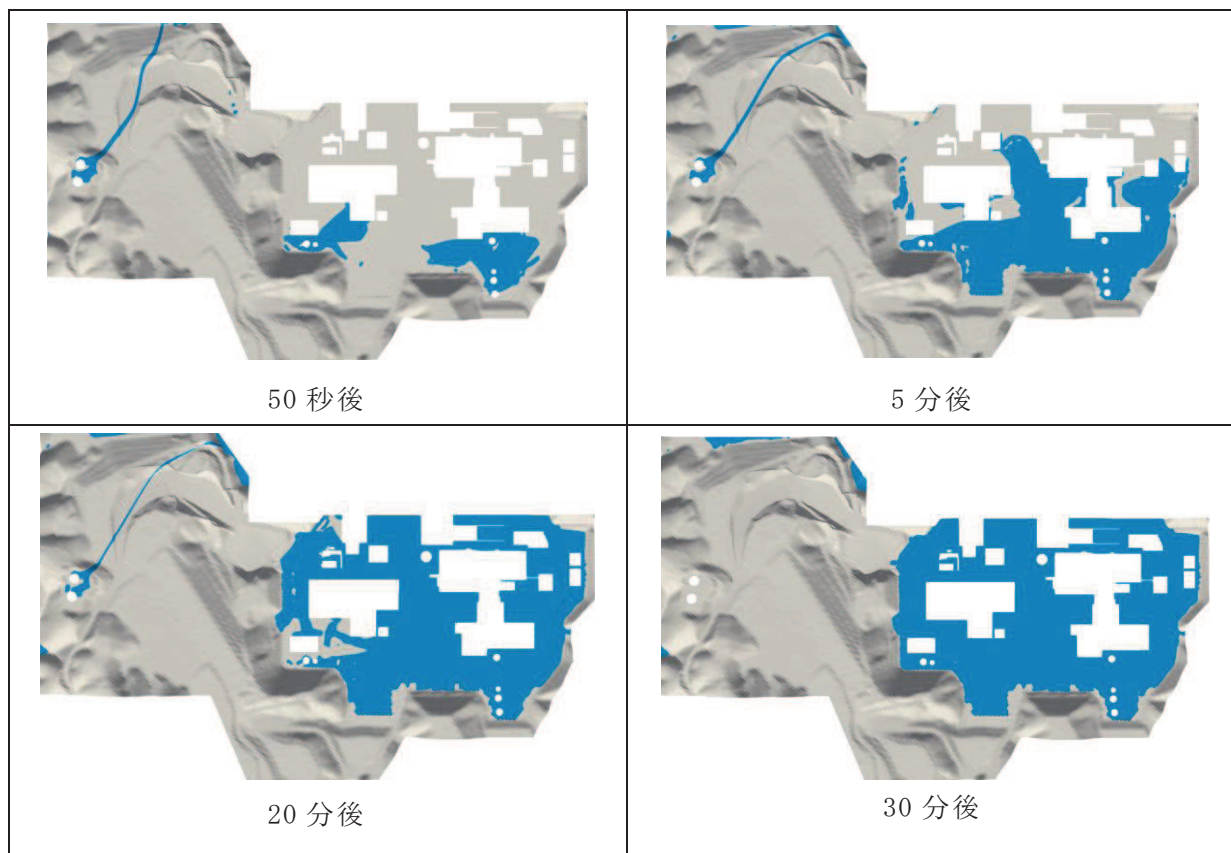
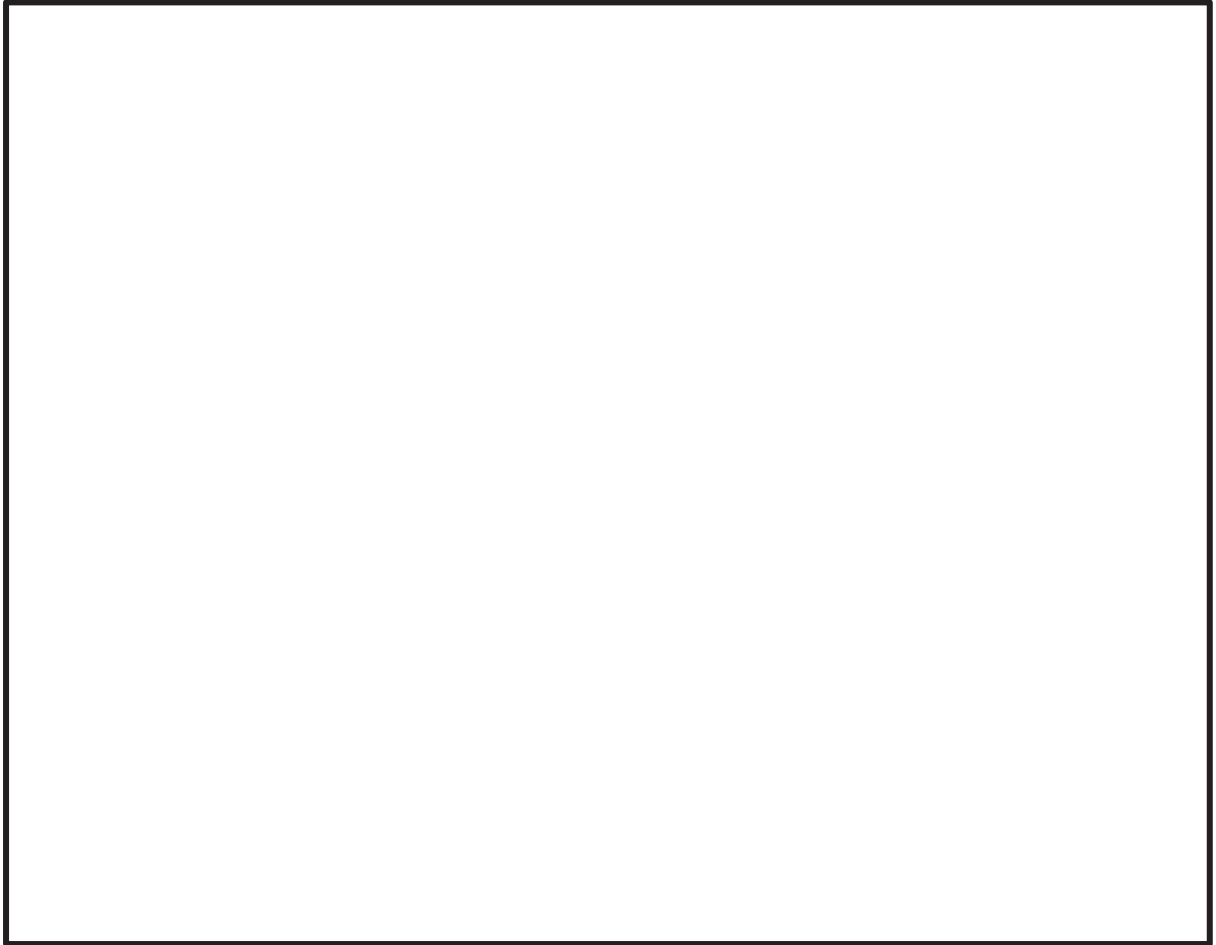


図 8.2-3 建屋外壁扉（代表例）



(浸水範囲は水色)

図 8.2-4 溢水伝播挙動



【水位測定箇所】

- ① 原子炉建屋（大物搬出入口前）
- ② 原子炉建屋（DG(A)室前）
- ③ 原子炉建屋（DG(HPCS)室前）
- ④ 原子炉建屋（DG(B)室前）
- ⑤ 制御建屋
- ⑥ 海水ポンプ室 1
- ⑦ 海水ポンプ室 2
- ⑧ 復水貯蔵タンクエリア
- ⑨ 軽油タンクエリア
- ⑩ タービン建屋（共通通路前）
- ⑪ タービン建屋（大物搬出入口前）
- ⑫ 敷地 1
- ⑬ 敷地 2
- ⑭ 敷地 3

図 8.2-5 水位測定箇所

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

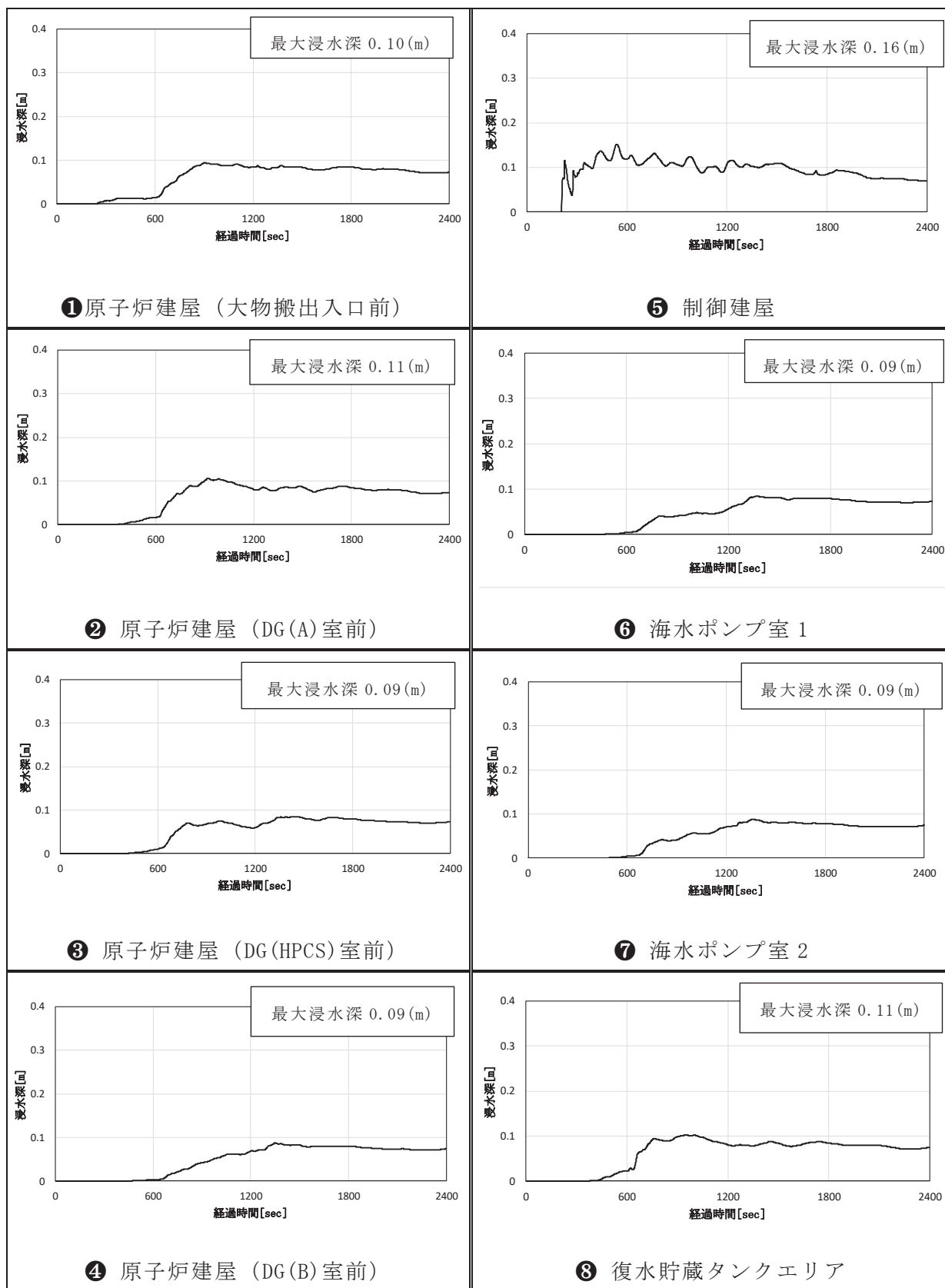


図 8.2-6 水位測定箇所における浸水深(1/2)

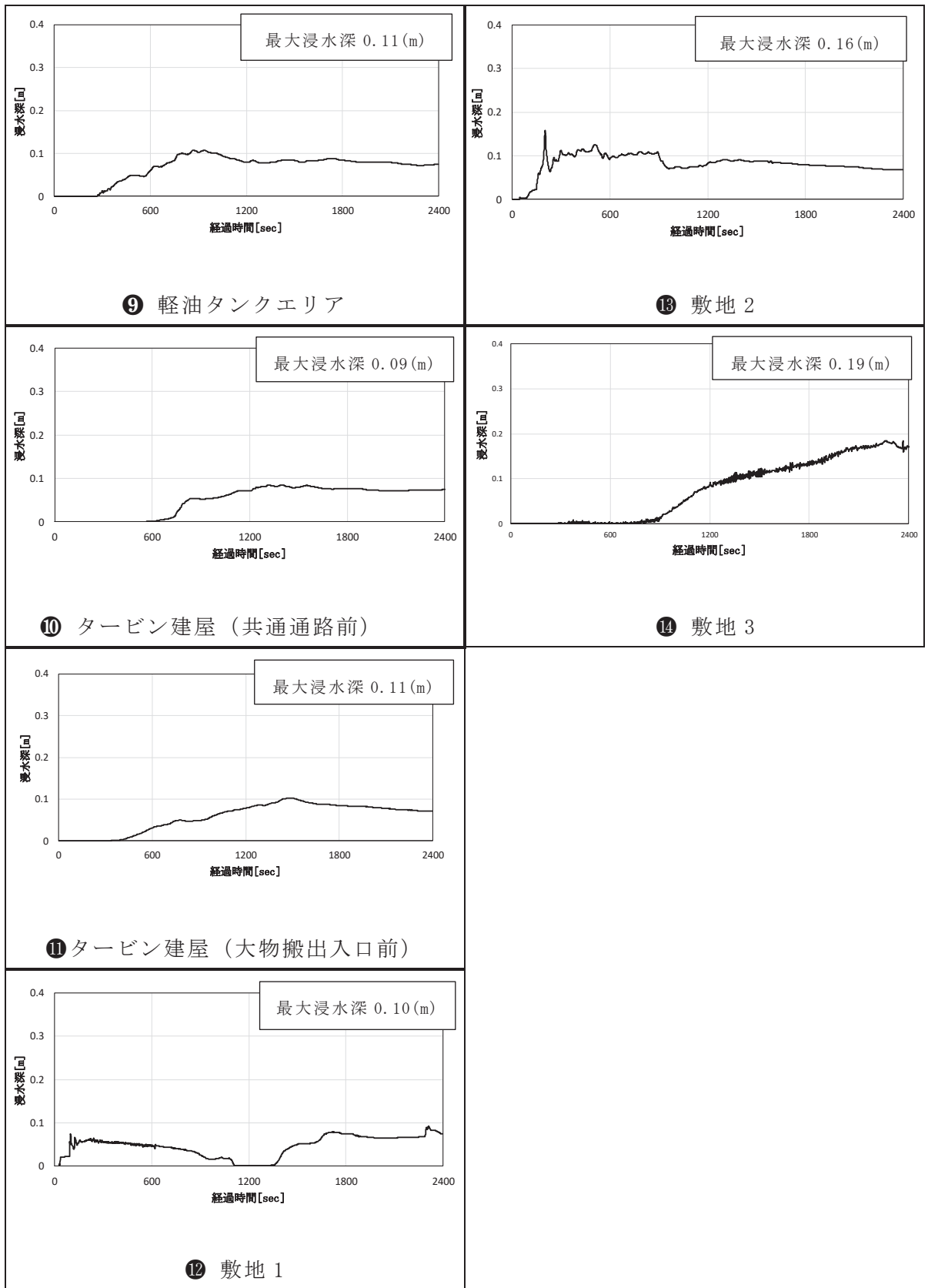


図 8.2-6 水位測定箇所における浸水深 (2/2)

第1号機復水貯蔵タンクの破損時の線量影響評価

第1号機復水貯蔵タンクの破損により生じる溢水からの線量影響は、復水貯蔵タンク水の放射能濃度及び屋外タンク等の破損による敷地浸水深に、「External Exposure to Radionuclides in Air, Water, and Soil FGR-12 EPA-402-R-93-081.(1993) Table III.3」に記載されている地表面濃度から実効線量率への換算係数を乗じることで評価する。

復水貯蔵タンク水の放射能濃度及び屋外タンク等の破損による敷地浸水深を表 8.2-5 に示すとおり保守的に設定した場合の線量影響は 5.7×10^{-2} mSv/h 程度となる。

$$H_g = C_w \cdot D_w \cdot K_g \cdot 3600 \cdot 1000$$

ここで、

H_g : 実効線量率 (mSv/h)

C_w : 復水貯蔵タンク水中の放射性物質濃度 (Bq/m³)

D_w : 水深 (m)

K_g : 換算係数 (Sv/(Bq・s/m²))

表 8.2-5 第1号機復水貯蔵タンクの破損により生じる溢水からの線量影響評価条件

項目	評価条件	選定理由
C_w 復水貯蔵タンク水中の放射性物質濃度	□ Bq/m ³	復水貯蔵タンク水の放射能濃度の管理値(上限値)
D_w 水深	0.18 m	屋外タンク等による溢水影響評価に基づく敷地浸水深
K_g 換算係数	2.35×10^{-15} Sv/(Bq・s/m ²)	主要放射性核種を Co-60 とし、換算係数を「External Exposure to Radionuclides in Air, Water, and Soil FGR-12 EPA-402-R-93-081.(1993) Table III.3」から選定

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

8.3 地下水の溢水による影響について

1. 概要

溢水防護区画を構成する原子炉建屋，制御建屋等の外周部の境界は，水密性を持つ壁の配置及び貫通部止水処置を行っている。また，地下水低下設備を設置しており，同設備により各建屋周辺に流入する地下水の流入の防止及び排出を行っている。

貫通部止水処置は，地下水低下設備の停止により建屋周辺の水位が周辺の地下水位まで上昇することを想定し，建屋外周部における壁，扉，堰等により溢水防護区画を内包するエリア内及び建屋内への流入を防止する設計とし，防護すべき設備が要求される機能を損なわない設計としている。

地下水は揚水井戸に集水される設計となっており，集水された地下水は揚水ポンプにより配管を通して屋外排水路に排水される。これらは地下水位低下設備といい，1箇所のサブドレンポンプが故障した場合でも，他のサブドレンポンプにより地下水が適切に排水可能である。また，地震後においても，耐震性を有するサブドレンポンプを設置することから，地震後においても機能を喪失する恐れはない。

以上を踏まえた上で地下水に対する防護方針について以下に示す。

2. 建屋外周部の境界における浸水対策

2.1 溢水防護区画を内包する建屋外部の境界における浸水対策の実施範囲

地下水に対しては，揚水ポンプの故障等により地下水位が地表面まで上昇することを想定し，建屋外周部における壁，扉，堰等により溢水防護区画を内包する建屋内への流入を防止する設計とし，防護すべき設備が安全機能を損なわない設計とする。

地下水位が地表面まで上昇した場合においても，建屋地下部外壁が構造上健全であることの評価結果を，「9.24 建屋地下外壁の地下水に対する健全性について」に記載する。

2.2 溢水防護区画を内包する建屋等への浸水の可能性がある保守的な評価について

「2.1 溢水防護区画を内包する建屋外部の境界における浸水対策の実施範囲」にて示した対策を実施しているが，地震により建屋の地下部外壁のひび割れ等からの地下水の流入を保守的に考慮し，防護すべき設備に対する影響評価を実施する。

建屋外周部の境界としては，「建屋地下部外壁」及び「地下トレンチ」で構成されるため，それぞれについて以下の評価を実施する。

(1) 建屋地下部外壁

建屋地下外壁の評価では，地震応答解析におけるせん断変形が第一折点に収

まること，又は第一折点を超える場合は，残留ひび割れを考慮した評価を実施し，ひび割れ幅及びひび割れからの漏水量を算出し，防護すべき設備への影響を評価する。

建屋地下部外壁に対する評価は，「9.9 鉄筋コンクリート壁の水密性について」に記載する。

(2) 地下トレンチ

地下トレンチと各建屋との接合部には，エキスパンションジョイント，地下トレンチの各ブロック間には，伸縮目地をそれぞれ設置し，地下水の流入を防止している。

仮にトレンチ内に地下水が漏水した場合でも，トレンチ内に設置される配管等の静的機器は，漏水の影響は小さいため，安全機能に影響はなく，トレンチと接続する建屋外壁は，貫通部止水処置を実施していることから，建屋への地下水の影響はない。

なお，地下トレンチについては，耐震Sクラス設備の間接支持構造物であり，添付書類「VI-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書」にて耐震評価を行っており，地震により構造を維持する設計である。

8.4 その他漏えい事象に対する確認について

1. 概要

その他の漏えい事象に対して、想定される事象を整理するとともに、漏えいの早期検知及び隔離操作により、漏えい水が安全機能に影響を及ぼさない設計となっていることを確認する。

2. その他漏えい事象の整理

溢水防護区画内にて発生が想定されるその他漏えい事象について表 8.4-1 に整理する。

表 8.4-1 その他漏えい事象

分類	想定事象	漏えい量
(1) 機器ドレン	<ul style="list-style-type: none"> ・ポンプシールドレン ・空調ドレン（結露水含む） ・サンプルシンクドレン 等 	小
(2) 機器の作動 （誤作動含む）	<ul style="list-style-type: none"> ・安全弁作動 ・開放端に繋がる弁の誤開，開固着 等 	小～中
(3) 機器損傷 （配管以外）	<ul style="list-style-type: none"> ・開放端に繋がる弁のシートリーク ・弁グランドリーク ・ポンプシールリーク ・フランジリーク 等 	小
(4) 人的過誤	<ul style="list-style-type: none"> ・弁誤操作 ・隔離未完機器の誤開放 ・開放点検中設備への誤通水 等 	小～大

(1) 機器ドレン

通常運転状態において発生するドレンであり、床及び機器ドレンファンネルにより排水可能な設計としている。

(2) 機器の作動（誤作動含む）

安全弁の作動は設計上想定されているものであり、二次側は自系統等に直接つながっており、区画内に放出されない設計としている（気体系の安全弁は除く）。

大気開放タンクの補給弁等、開放端に繋がる弁が誤開，開固着した場合には、タンクがオーバーフローする可能性があるが、タンクオーバーフロー管は機器ドレンファンネル等に接続されており、区画内に漏えいしない設計となっている。

(3) 機器損傷（配管以外）

弁グランドリークについては、一次系弁は、リークオフライン等により系外漏えいに至らないよう設計上の配慮がされている。また、その他のリーク事象については、漏えい量は比較的少なく、床ドレンファンネル等により排水可能な設計としている。

(4) 人的過誤

事象によっては大量の漏えいが発生する可能性があるが、過去のトラブル事例から、基本的にはプラントが停止している定期検査時に発生しているものであり、人的要因であることから、発生時には早期に隔離等の対処が可能である。

3. その他漏えい事象に対する対応方針

表 8.4-1 に整理した事象のうち、(1)～(3)については、基本的に漏えい量が少なく、現在の想定破損による溢水に含まれると考えられる。一方、一部の区画においては想定破損を除外している場合があり、現状の影響評価で含まれず、少量の漏えい量であっても安全機能に影響を及ぼす可能性が考えられるため、図 8.4-1 に示す確認フローにて区画ごとに確認を実施した。確認結果について表 8.4-2 に示す。

なお、(4) 人的過誤については、発生未然防止を図るために、定められた運用、手順を確実に順守すると共に、トラブル事例等を参考に継続的な運用改善を行っていく。

4. その他漏えい事象に対する確認結果

表 8.4-2 のとおり、その他漏えい事象の発生が想定される区画については、想定破損による溢水影響評価を実施しており、想定破損による溢水影響評価に含まれることを確認した。したがって、想定破損による溢水影響評価において、漏えい検知器等による検知及び隔離操作が可能であることを確認していることから、その他漏えい事象が発生した場合でも、同様に漏えい検知及び隔離操作が可能である。

なお、各区画における漏えい検知性については確認しており、その他漏えい事象の発生が想定される区画（表 8.4-2 の溢水源有りの区画）についても漏えい検知が可能であることを確認している。

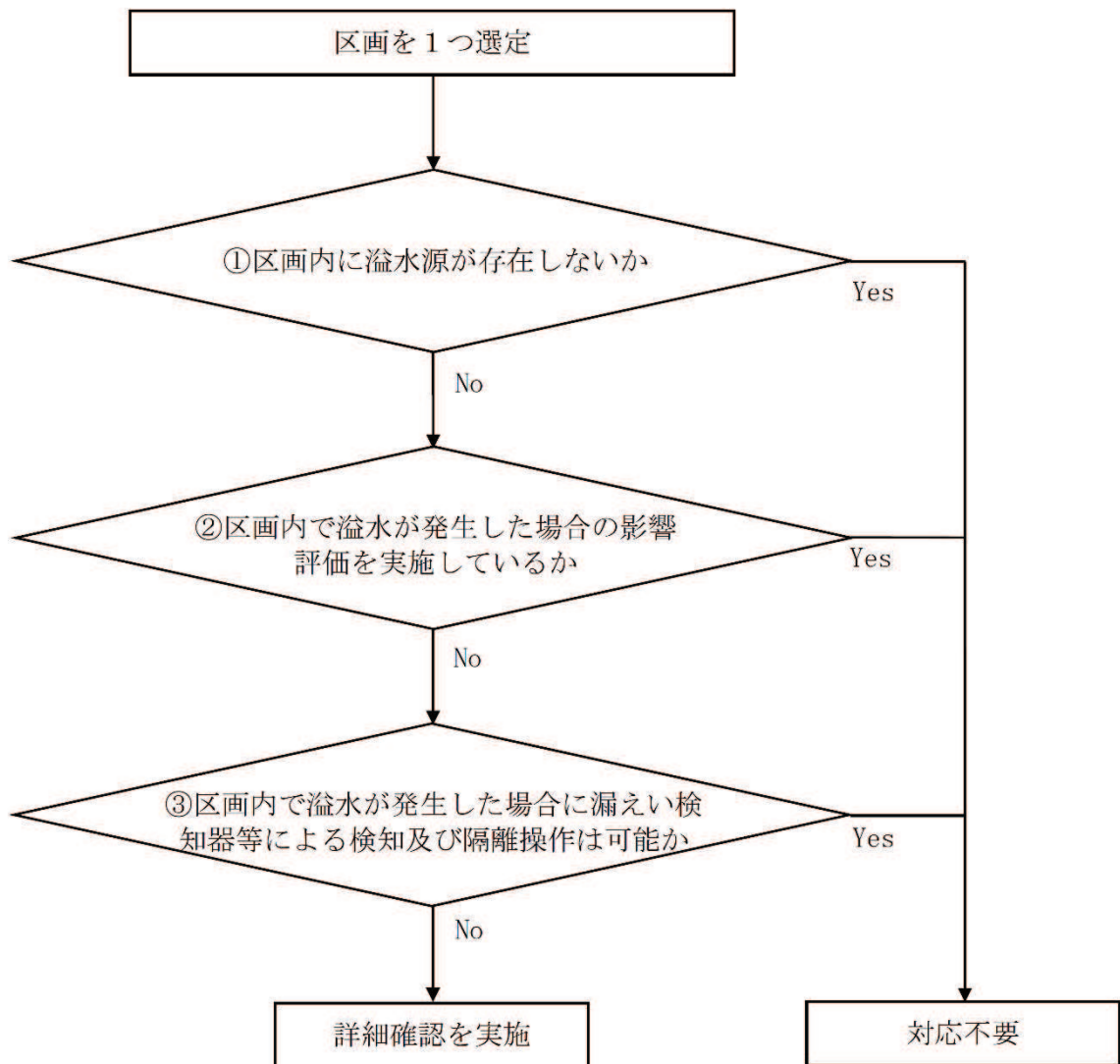


図 8.4-1 その他漏えい事象に対する対応確認フロー

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (1/8)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
R-B3F-1	有り	済	-	対応不要
R-B3F-2	有り	済	-	対応不要
R-B3F-3	有り	済	-	対応不要
R-B3F-4	有り	済	-	対応不要
R-B3F-5	有り	済	-	対応不要
R-B3F-6	有り	済	-	対応不要
R-B3F-7	有り	済	-	対応不要
R-B3F-8	有り	済	-	対応不要
R-B3F-9	有り	済	-	対応不要
R-B3F-10	有り	済	-	対応不要
R-B3F-11	有り	済	-	対応不要
R-B3F-12	有り	済	-	対応不要
R-B3F-13	有り	済	-	対応不要
R-B3F-14	有り	済	-	対応不要
R-B3F-15	有り	済	-	対応不要
R-B2F-1	有り	済	-	対応不要
R-B2F-2	有り	済	-	対応不要
R-B2F-3	有り	済	-	対応不要
R-B2F-4	有り	済	-	対応不要
R-B2F-5	有り	済	-	対応不要
R-B2F-6	有り	済	-	対応不要
R-B2F-6-1	有り	済	-	対応不要
R-B2F-6-2	有り	済	-	対応不要
R-B2F-7	有り	済	-	対応不要
R-B2F-8	有り	済	-	対応不要
R-B2F-9	有り	済	-	対応不要
R-B2F-10	有り	済	-	対応不要
R-B1F-1	有り	済	-	対応不要
R-B1F-2	有り	済	-	対応不要
R-B1F-3	有り	済	-	対応不要
R-B1F-3-1	無し	-	-	対応不要
R-B1F-3-2	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (2/8)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
R-B1F-3-3	無し	-	-	対応不要
R-B1F-4	無し	-	-	対応不要
R-B1F-5	有り	済	-	対応不要
R-B1F-6	無し	-	-	対応不要
R-B1F-7	有り	済	-	対応不要
R-B1F-8	有り	済	-	対応不要
R-B1F-9	無し	-	-	対応不要
R-B1F-10	無し	-	-	対応不要
R-B1F-11	有り	済	-	対応不要
R-B1F-12	無し	-	-	対応不要
R-B1F-13	有り	済	-	対応不要
R-B1F-14	有り	済	-	対応不要
R-MB1F-1	有り	済	-	対応不要
R-MB1F-2	有り	済	-	対応不要
R-MB1F-3	有り	済	-	対応不要
R-MB1F-4	有り	済	-	対応不要
R-1F-1	有り	済	-	対応不要
R-1F-2	有り	済	-	対応不要
R-1F-3	有り	済	-	対応不要
R-1F-4	有り	済	-	対応不要
R-1F-5	有り	済	-	対応不要
R-1F-6	有り	済	-	対応不要
R-1F-7	有り	済	-	対応不要
R-1F-7-1	有り	済	-	対応不要
R-1F-8	有り	済	-	対応不要
R-1F-9	有り	済	-	対応不要
R-1F-10	有り	済	-	対応不要
R-1F-11	有り	済	-	対応不要
R-1F-12	有り	済	-	対応不要
R-1F-13	有り	済	-	対応不要
R-1F-13-1	有り	済	-	対応不要
R-1F-14	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (3/8)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
R-1F-15	有り	済	-	対応不要
R-1F-15-1	有り	済	-	対応不要
R-1F-16	有り	済	-	対応不要
R-1F-16-1	無し	-	-	対応不要
R-1F-17	有り	済	-	対応不要
R-M2F-1	有り	済	-	対応不要
R-M2F-2	有り	済	-	対応不要
R-M2F-3	有り	済	-	対応不要
R-M2F-5	有り	済	-	対応不要
R-M2F-6	有り	済	-	対応不要
R-M2F-7	無し	-	-	対応不要
R-M2F-8	有り	済	-	対応不要
R-M2F-9	有り	済	-	対応不要
R-2F-1-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-1-2	有り	済	-	対応不要
R-2F-1-3	有り	済	-	対応不要
R-2F-2	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-2	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-3	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-4	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-5	有り	済	-	対応不要
R-2F-2-6	有り	済	-	対応不要
R-2F-3	有り	済	-	対応不要
R-2F-3-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-4	有り	済	-	対応不要
R-2F-5	有り	済	-	対応不要
R-2F-6	有り	済	-	対応不要
R-2F-6-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-6-2	無し	-	-	対応不要
R-2F-7	有り	済	-	対応不要
R-2F-7-1	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (4/8)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
R-2F-8	有り	済	-	対応不要
R-2F-8-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-8-2	無し	-	-	対応不要
R-2F-9	有り	済	-	対応不要
R-2F-11	有り	済	-	対応不要
R-2F-12-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-13-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-14-1	無し	-	-	対応不要
R-2F-15-1	無し	-	-	対応不要
R-2F-16-1	有り	済	-	対応不要
R-2F-17	有り	済	-	対応不要
R-2F-18	有り	済	-	対応不要
R-2F-19	有り	済	-	対応不要
R-M3F-3-1	有り	済	-	対応不要
R-3F-1	有り	済	-	対応不要
R-3F-3-1	無し	-	-	対応不要
R-3F-3-2	無し	-	-	対応不要
R-3F-2	無し	-	-	対応不要
R-3F-4	無し	-	-	対応不要
R-3F-5	無し	-	-	対応不要
R-3F-7	有り	済	-	対応不要
C-B2F-1	有り	済	-	対応不要
C-B2F-2	有り	済	-	対応不要
C-B2F-3	有り	済	-	対応不要
C-B2F-4	有り	済	-	対応不要
C-B2F-5	無し	-	-	対応不要
C-B2F-6	有り	済	-	対応不要
C-MB2F-1	有り	済	-	対応不要
C-B1F-1	有り	済	-	対応不要
C-B1F-2	有り	済	-	対応不要
C-B1F-3	有り	済	-	対応不要
C-B1F-4	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (5/8)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
C-B1F-5	無し	-	-	対応不要
C-B1F-6-1	無し	-	-	対応不要
C-B1F-7	無し	-	-	対応不要
C-B1F-8	有り	済	-	対応不要
C-B1F-9	有り	済	-	対応不要
C-MB1F-1	有り	済	-	対応不要
C-1F-1	有り	済	-	対応不要
C-1F-2	有り	済	-	対応不要
C-1F-3	有り	済	-	対応不要
C-1F-4	有り	済	-	対応不要
C-2F-1	無し	-	-	対応不要
C-2F-2	無し	-	-	対応不要
C-2F-3	有り	済	-	対応不要
C-2F-4	無し	-	-	対応不要
C-2F-5	無し	-	-	対応不要
C-3F-1	無し	-	-	対応不要
C-3F-2	無し	-	-	対応不要
C-3F-3	有り	済	-	対応不要
C-3F-4	有り	済	-	対応不要
T-2F-1	有り	済	-	対応不要
T-1F-1	有り	済	-	対応不要
T-1F-2	有り	済	-	対応不要
T-1F-3	有り	済	-	対応不要
T-B1F-1	有り	済	-	対応不要
T-B1F-2	有り	済	-	対応不要
T-B1F-3	有り	済	-	対応不要
T-B2F-1	有り	済	-	対応不要
T-B2F-2	有り	済	-	対応不要
SW-1F-1	有り	済	-	対応不要
SW-1F-2	有り	済	-	対応不要
SW-1F-3	有り	済	-	対応不要
SW-1F-4	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (6/8)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
SW-1F-5	有り	済	-	対応不要
CST エリア	有り	済	-	対応不要
LOT-1	有り	済	-	対応不要
LOT-2	有り	済	-	対応不要
LOT-3	有り	済	-	対応不要
Rw-1F-2-1	無し	-	-	対応不要
Rw-1F-2-2	無し	-	-	対応不要
Rw-1F-2-3	無し	-	-	対応不要
Rw-1F-2-4	有り	済	-	対応不要
K-2F-1	無し	-	-	対応不要
K-2F-2	無し	-	-	対応不要
K-2F-3	無し	-	-	対応不要
K-2F-4	無し	-	-	対応不要
K-2F-5	無し	-	-	対応不要
K-2F-6	無し	-	-	対応不要
K-2F-7	無し	-	-	対応不要
K-2F-8	無し	-	-	対応不要
K-2F-9	無し	-	-	対応不要
K-1F-1	無し	-	-	対応不要
K-1F-2	無し	-	-	対応不要
K-1F-3	無し	-	-	対応不要
K-1F-4	無し	-	-	対応不要
K-1F-5	無し	-	-	対応不要
K-1F-6	有り	済	-	対応不要
K-1F-7	無し	-	-	対応不要
K-1F-8	無し	-	-	対応不要
K-1F-9	無し	-	-	対応不要
K-1F-10	無し	-	-	対応不要
K-1F-11	無し	-	-	対応不要
K-1F-12	無し	-	-	対応不要
K-1F-13	有り	済	-	対応不要
K-1F-14	有り	済	-	対応不要
K-1F-15	有り	済	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (7/8)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
K-1F-16	無し	-	-	対応不要
K-1F-17	無し	-	-	対応不要
K-B1F-1	無し	-	-	対応不要
K-B1F-2	無し	-	-	対応不要
K-B1F-3	無し	-	-	対応不要
K-B1F-4	無し	-	-	対応不要
K-B1F-5	無し	-	-	対応不要
K-B1F-6	無し	-	-	対応不要
K-B1F-7	無し	-	-	対応不要
K-B1F-8	無し	-	-	対応不要
K-B1F-9	無し	-	-	対応不要
K-B1F-10	無し	-	-	対応不要
K-B1F-11	無し	-	-	対応不要
K-B1F-12	無し	-	-	対応不要
K-B1F-13	無し	-	-	対応不要
K-B1F-14	無し	-	-	対応不要
K-B2F-1	無し	-	-	対応不要
K-B2F-2	無し	-	-	対応不要
K-B2F-3	無し	-	-	対応不要
K-B2F-4	無し	-	-	対応不要
K-B2F-5	無し	-	-	対応不要
K-B2F-6	無し	-	-	対応不要
K-B2F-7	無し	-	-	対応不要
K-B2F-8	無し	-	-	対応不要
K-B2F-9	無し	-	-	対応不要
K-B2F-10	無し	-	-	対応不要
K-B2F-11	無し	-	-	対応不要
K-B2F-12	無し	-	-	対応不要
K-B2F-13	無し	-	-	対応不要
K-B2F-14	無し	-	-	対応不要
K-B2F-15	無し	-	-	対応不要
K-B2F-16	無し	-	-	対応不要
K-B2F-17	無し	-	-	対応不要

表 8.4-2 その他漏えい事象に対する対応確認結果 (8/8)

区画	①溢水源の有無	②溢水発生を想定した影響評価の実施	③漏えい検知及び隔離操作の可否	対応
K-B2F-18	無し	—	—	対応不要
E-1F-1	無し	—	—	対応不要
E-1F-2	無し	—	—	対応不要
E-1F-3	無し	—	—	対応不要
E-1F-4	無し	—	—	対応不要
E-B1F-1	無し	—	—	対応不要
E-B1F-2	無し	—	—	対応不要
E-B1F-3	無し	—	—	対応不要
E-B1F-4	無し	—	—	対応不要
E-B1F-5	無し	—	—	対応不要
E-B1F-6	無し	—	—	対応不要
E-B1F-7	無し	—	—	対応不要
E-B1F-8	無し	—	—	対応不要
E-B1F-9	無し	—	—	対応不要
E-B1F-10	無し	—	—	対応不要
E-B1F-11	無し	—	—	対応不要

9. 全般

9.1 溢水防護区画毎における機能喪失高さについて

1. 概要

本資料は、防護すべき設備の機能喪失高さを溢水防護区画ごとで整理したものである。

原子炉建屋について整理した結果を表 9.1-1、制御建屋について整理した結果を表 9.1-2、海水ポンプ室について整理した結果を表 9.1-3、復水貯蔵タンクエリアについて整理した結果を表 9.1-4、軽油タンクエリアについて整理した結果を表 9.1-5、タービン建屋について整理した結果を表 9.1-6、緊急用電気品建屋について整理した結果を表 9.1-7、緊急時対策建屋について整理した結果を表 9.1-8 及び屋外について整理した結果を表 9.1-9 にそれぞれ示す。

なお、表 9.1-1、表 9.1-2、表 9.1-3、表 9.1-4、表 9.1-5、表 9.1-6、表 9.1-7 及び表 9.1-8 において朱記の値は、溢水防護区画内で最も低い機能喪失高さを有する機器を示している。

なお、溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備のうち、溢水影響により機能を喪失しない設備（アクセスが必要な設備として抽出された設備又は他の設備で代替できることを確認するために抽出された設備）については、“-”を記載する。

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（1/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-3F-1	DB	-	原子炉建屋外気間差圧(北側) (T46-dPT014A)	1.230	0.31
R-3F-1	DB	-	原子炉建屋外気間差圧(西側) (T46-dPT014B)	1.230	0.31
R-3F-1	DB	-	原子炉建屋外気間差圧(東側) (T46-dPT014D)	3.430	0.31
R-3F-1	DB	-	SGTS トレイン出口流量 (T46-FT001A)	1.245	0.31
R-3F-1	DB	-	SGTS トレイン出口流量 (T46-FT001B)	1.250	0.31
R-3F-1	DB	-	燃料プール状態表示盤 (H21-P577)	1.045	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011A)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011C)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (A) 水位 (P42-LT011E)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (B) 水位 (P42-LT011B)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (B) 水位 (P42-LT011D)	0.400	0.31
R-3F-1	DB	-	RCW サージタンク (B) 水位 (P42-LT011F)	0.400	0.31
R-3F-1	SA	常設	使用済燃料プール監視カメラ (G41-ITV001)	6.390	0.31
R-3F-1	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ (A) 水素 濃度検出器(T71-H2E101A)	16.595	0.31
R-3F-1	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ (B) 水素 濃度検出器(T71-H2E101B)	16.595	0.31

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（2/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D001) 用入口温度 (T71-TE001)	1.735	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D001) 用出口温度 (T71-TE002)	2.599	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D008) 用入口温度 (T71-TE003)	0.315	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D008) 用出口温度 (T71-TE004)	1.210	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D012) 用入口温度 (T71-TE005)	8.450	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D012) 用出口温度 (T71-TE006)	9.310	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D019) 用入口温度 (T71-TE007)	8.450	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D019) 用出口温度 (T71-TE008)	9.310	0.31
R-3F-1	SA	常設	使用済燃料プール上部空間放射線 モニタ (低線量) (D21-RE043)	0.325	0.31
R-3F-1	SA	常設	使用済燃料プール上部空間放射線 モニタ (高線量) (D21-RE044)	0.635	0.31
R-3F-1	SA	常設	静的触媒式水素再結合装置 (T71-D001~T71-D019)	0.555	0.31
R-3F-2	DB	-	D/G(A)室非常用給気ケーシング ^グ	0.000	0.00
R-3F-3-2	DB	-	原子炉建屋外気間差圧 (南側) (T46-dPT014C)	1.230	1.23
R-3F-4	DB	-	D/G(HPCS)室非常用給気ケーシング ^グ	0.000	0.00
R-3F-5	DB	-	D/G(B)室非常用給気ケーシング ^グ	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（3/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-1-1	DB	-	非常用ガス処理系フィルタ装置 (T46-D002)	0.135	0.13
R-2F-1-1	DB	-	非常用ガス処理系フィルタ装置出 口弁(A) (T46-F003A)	1.495	0.13
R-2F-1-1	DB	-	非常用ガス処理系フィルタ装置出 口弁(B) (T46-F003B)	1.475	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ入口温度(A) (T46-TE006A)	1.275	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ入口温度(B) (T46-TE006B)	1.295	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ入口温度(A) (T46-TE008A)	1.975	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ入口温度(B) (T46-TE008B)	1.955	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ温度(A) (T46-TE009A)	0.195	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ温度(B) (T46-TE009B)	0.195	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ出口温度(A) (T46-TE011A)	1.295	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ出口温度(B) (T46-TE011B)	1.285	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ出口温度(A) (T46-TE012A)	1.975	0.13
R-2F-1-1	DB	-	フィルタ装置チャコールエアフィ ルタ出口温度(B) (T46-TE012B)	1.995	0.13
R-2F-1-1	SA	常設	非常用ガス処理系フィルタ装置 (T46-D002)	0.135	0.13
R-2F-1-1	SA	常設	原子炉格納容器耐圧強化ベント用 連絡配管隔離弁 (T48-F043)	0.830	0.13

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（4/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-1-1	SA	常設	原子炉格納容器耐圧強化ベント用 連絡配管止め弁 (T48-F044)	0.945	0.13
R-2F-1-2	DB	-	非常用ガス処理系排風機 (A) (T46-C001A)	0.660	0.09
R-2F-1-2	DB	-	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (A) (T46-D001A)	0.140	0.09
R-2F-1-2	DB	-	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (A) 入口弁 (T46-F002A)	1.445	0.09
R-2F-1-2	DB	-	空気乾燥装置 (A) 電気ヒータ入口 温度 (T46-TE003A)	1.855	0.09
R-2F-1-2	DB	-	SGTS 室空調機 (A) (V10-D114A)	0.095	0.09
R-2F-1-2	SA	常設	非常用ガス処理系排風機 (A) (T46-C001A)	0.660	0.09
R-2F-1-2	SA	常設	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (A) (T46-D001A)	0.140	0.09
R-2F-1-3	DB	-	非常用ガス処理系排風機 (B) (T46-C001B)	0.665	0.10
R-2F-1-3	DB	-	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (B) (T46-D001B)	0.145	0.10
R-2F-1-3	DB	-	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (B) 入口弁 (T46-F002B)	1.445	0.10
R-2F-1-3	DB	-	空気乾燥装置 (B) 電気ヒータ入口 温度 (T46-TE003B)	1.845	0.10
R-2F-1-3	DB	-	SGTS 室空調機 (B) (V10-D114B)	0.105	0.10
R-2F-1-3	SA	常設	非常用ガス処理系排風機 (B) (T46-C001B)	0.665	0.10
R-2F-1-3	SA	常設	非常用ガス処理系空気乾燥装置 (B) (T46-D001B)	0.145	0.10

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（5/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2	SA	常設	フィルタ装置出口水素濃度計サン プリングラック (H22-P384)	0.145	0.00
R-2F-2	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2G (R47-P752)	0.000	0.00
R-2F-2-2	DB	-	FCS 除湿ヒータ (A) 用変圧器 (R47-TR008)	0.075	0.07
R-2F-2-2	DB	-	可燃性ガス濃度制御系再結合装置 加熱器 (A) (電気ヒータ) (T49-B002A)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	可燃性ガス濃度制御系再結合装置 ブロワ (A) (T49-C001A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS A 系冷却水入口弁 (T49-F006A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS A 系入口流量調節弁 (T49-FCV-F002A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS A 系再循環流量調節弁 (T49-FCV-F004A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS (A) 入口ガス流量 (T49-FT002A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS ブロワ (A) 入口流量 (T49-FT004A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS ブロワ (A) 入口圧力 (T49-PT003A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS ブロワ (A) 入口温度 (T49-TE005A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 内ガス温度 (T49-TE006A-1)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 内ガス温度 (T49-TE006A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 出口ガス温度 (T49-TE007A-1)	0.145	0.07

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（6/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 出口ガス温度 (T49-TE007A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 表面温度 (T49-TE008A-1)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 加熱管 (A) 表面温度 (T49-TE008A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 再結合器 (A) 表面温度 (T49-TE010A-1)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 再結合器 (A) 表面温度 (T49-TE010A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 冷却器 (A) 出口ガス温度 (T49-TE011A)	0.115	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 再結合器 (A) 内ガス温度 (T49-TE009A-1)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS 再結合器 (A) 内ガス温度 (T49-TE009A-2)	0.145	0.07
R-2F-2-2	DB	-	FCS (A) 室空調機 (V10-D110)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 除湿ヒータ (B) 用変圧器 (R47-TR009)	0.075	0.07
R-2F-2-3	DB	-	可燃性ガス濃度制御系再結合装置 加熱器 (B) (電気ヒータ) (T49-B002B)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	可燃性ガス濃度制御系再結合装置 ブロワ (B) (T49-C001B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS B 系冷却水入口弁 (T49-F006B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS B 系入口流量調節弁 (T49-FCV-F002B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS B 系再循環流量調節弁 (T49-FCV-F004B)	0.105	0.07

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（7/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2-3	DB	-	FCS (B) 入口ガス流量 (T49-FT002B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS ブロワ (B) 入口流量 (T49-FT004B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS ブロワ (B) 入口圧力 (T49-PT003B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS ブロワ (B) 入口温度 (T49-TE005B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 内ガス温度 (T49-TE006B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 内ガス温度 (T49-TE006B-2)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 出口ガス温度 (T49-TE007B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 出口ガス温度 (T49-TE007B-2)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 表面温度 (T49-TE008B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 加熱管 (B) 表面温度 (T49-TE008B-2)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 再結合器 (B) 表面温度 (T49-TE010B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 再結合器 (B) 表面温度 (T49-TE010B-2)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 冷却器 (B) 出口ガス温度 (T49-TE011B)	0.105	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 再結合器 (B) 内ガス温度 (T49-TE009B-1)	0.145	0.07
R-2F-2-3	DB	-	FCS 再結合器 (B) 内ガス温度 (T49-TE009B-2)	0.145	0.07

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（8/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2-3	DB	-	FCS(B)室空調機 (V10-D111)	0.105	0.07
R-2F-2-4	DB	-	ドライウエル圧力 (T48-PT017)	0.590	0.59
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(サンプル切替弁) (D23-F001A)	0.495	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(サンプル切替弁) (D23-F002A)	1.605	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(サンプル切替弁) (D23-F003A)	1.635	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(サンプル切替弁) (D23-F004A)	0.505	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(バイパス 弁)) (D23-F011)	2.035	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(入口止め 弁)) (D23-F012)	2.185	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(入口止め 弁)) (D23-F013)	2.205	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(戻り止め 弁)) (D23-F014)	2.495	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 電磁弁(PASS 取合(戻り止め 弁)) (D23-F015)	2.495	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.040	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS サンプリングラック(A) (H22-P382A)	0.000	0.00
R-2F-2-5	DB	-	CAMS 校正ラック(A) (H22-P383A)	0.000	0.00
R-2F-2-5	DB	-	ドレンポットサポート (D23-D002A)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（9/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-2-5	DB	-	冷却器 (D23-B001A)	0.000	0.00
R-2F-2-5	DB	-	除湿器 (D23-B002A-1)	0.000	0.00
R-2F-2-5	SA	常設	格納容器内雰囲気モニタサンプリ ングラック (A) (H22-P382A)	0.085	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 電磁弁 (サンプル切替弁) (D23-F001B)	1.565	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 電磁弁 (サンプル切替弁) (D23-F002B)	0.455	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 電磁弁 (サンプル切替弁) (D23-F003B)	1.565	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 電磁弁 (サンプル切替弁) (D23-F004B)	0.455	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 配管ヒータ (B) (D23-HB1, HB2)	0.045	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS サンプリングラック (B) (H22-P382B)	0.000	0.00
R-2F-2-6	DB	-	CAMS 校正ラック (B) (H22-P383B)	0.000	0.00
R-2F-2-6	DB	-	ドレンポットサポート (D23-D002B)	0.000	0.00
R-2F-2-6	DB	-	冷却器 (D23-B001B)	0.000	0.00
R-2F-2-6	DB	-	除湿器 (D23-B002B-1)	0.000	0.00
R-2F-2-6	SA	常設	格納容器内雰囲気モニタサンプリ ングラック (B) (H22-P382B)	0.085	0.00
R-2F-3	DB	-	ドライウエル圧力 (T48-PT014)	1.795	0.40

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（10/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-3	DB	-	スキマサージタンク水位 (G41-LT019)	0.995	0.40
R-2F-3	DB	-	CAMS (A) 室空調機 (V10-D112)	0.400	0.40
R-2F-3	DB	-	CAMS (B) 室空調機 (V10-D113)	0.400	0.40
R-2F-3	DB	-	RCW サージタンク (A) 降水管水位 レベルスイッチ (P42-LS012A)	2.325	0.40
R-2F-3	DB	-	RCW サージタンク (B) 降水管水位 レベルスイッチ (P42-LS012B)	2.285	0.40
R-2F-3	DB	-	HPCW サージタンク水位 (P47-LT008)	0.400	0.40
R-2F-3	SA	常設	ドライウェル圧力 (T48-PT034)	2.307	0.40
R-2F-3	SA	常設	原子炉格納容器フィルタベント系 ベントライン隔離弁 (A) (T63-F001)	6.645	0.40
R-2F-3	SA	常設	原子炉格納容器フィルタベント系 ベントライン隔離弁 (B) (T63-F002)	6.657	0.40
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系ポンプ (A) (C41-C001A)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系ポンプ (B) (C41-C001B)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系ポンプ潤滑油ポン プ (A) (C41-C002A)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系ポンプ潤滑油ポン プ (B) (C41-C002B)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC タンク 出口弁 (A) (C41-F001A)	0.655	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC タンク 出口弁 (B) (C41-F001B)	0.645	0.12

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（11/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-3-1	DB	-	SLC 注入電動弁 (A) (C41-F006A)	0.435	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC 注入電動弁 (B) (C41-F006B)	0.440	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC ポンプ (A) 潤滑油圧力スイッ チ (C41-PS011A)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	SLC ポンプ (B) 潤滑油圧力スイッ チ (C41-PS011B)	0.125	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系 (A) 現場操作箱 (H25-P005)	1.095	0.12
R-2F-3-1	DB	-	ほう酸水注入系 (B) 現場操作箱 (H25-P006)	1.095	0.12
R-2F-3-1	SA	常設	ほう酸水注入系ポンプ (A) (C41-C001A)	0.125	0.12
R-2F-3-1	SA	常設	ほう酸水注入系ポンプ (B) (C41-C001B)	0.125	0.12
R-2F-4	DB	-	HECW 冷凍機 (B) 冷却水圧力調節弁 (P42-F036B)	0.715	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷凍機 (D) 冷却水圧力調節弁 (P42-F036D)	0.725	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍 機 (B) 制御盤 ESS- II (H21-P301B)	0.000	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍 機 (D) 制御盤 ESS- II (H21-P301D)	0.000	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷水 ポンプ (B) (P25-C001B)	0.125	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷水 ポンプ (D) (P25-C001D)	0.115	0.00
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍 機 (B) (P25-D001B)	0.220	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（12/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-4	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(D) (P25-D001D)	0.220	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷水往還差圧(B) (P25-dPT008B)	0.585	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW (B) 往還差圧調節弁 (P25-F014B)	0.425	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷凍機(B) 冷水出口流量 (P25-FIS002B)	0.650	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷凍機(D) 冷水出口流量 (P25-FIS002D)	0.660	0.00
R-2F-4	DB	-	HECW 冷水還温度(B) (P25-TE005B)	1.175	0.00
R-2F-5	DB	-	CAMS ヒータ制御盤(A) (H21-P384A)	0.000	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷凍機(A) 冷却水圧力調節弁 (P42-F036A)	0.725	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷凍機(C) 冷却水圧力調節弁 (P42-F036C)	0.735	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(A) 制御盤 ESS- I (H21-P301A)	0.000	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(C) 制御盤 ESS- I (H21-P301C)	0.000	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷水ポンプ(A) (P25-C001A)	0.115	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷水ポンプ(C) (P25-C001C)	0.115	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(A) (P25-D001A)	0.220	0.00
R-2F-5	DB	-	換気空調補機非常用冷却水系冷凍機(C) (P25-D001C)	0.205	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（13/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-5	DB	-	HECW 冷水往還差圧 (A) (P25-dPT008A)	0.585	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW (A) 往還差圧調節弁 (P25-F014A)	0.395	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷凍機 (A) 冷水出口流量 (P25-FIS002A)	0.645	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷凍機 (C) 冷水出口流量 (P25-FIS002C)	0.650	0.00
R-2F-5	DB	-	HECW 冷水還温度 (A) (P25-TE005A)	1.175	0.00
R-2F-6	DB	-	原子炉補機 (A) 室送風機 (A) (V11-C001A)	0.120	0.12
R-2F-6	DB	-	原子炉補機 (A) 室送風機 (B) (V11-C001B)	0.120	0.12
R-2F-6	DB	-	原子炉補機 (A) 室給気温度 (V11-TE002)	0.885	0.12
R-2F-6	SA	常設	フィルタ装置出口放射線モニタ (A) (T63-RE009A)	1.275	0.12
R-2F-6	SA	常設	フィルタ装置出口放射線モニタ (B) (T63-RE009B)	1.275	0.12
R-2F-6-1	DB	-	原子炉補機 (A) 室給気ケーシング	0.000	0.00
R-2F-7	DB	-	原子炉補機 (HPCS) 室送風機 (A) (V13-C001A)	0.115	0.11
R-2F-7	DB	-	原子炉補機 (HPCS) 室送風機 (B) (V13-C001B)	0.135	0.11
R-2F-7	DB	-	原子炉補機 (HPCS) 室排風機 (A) (V13-C002A)	0.125	0.11
R-2F-7	DB	-	原子炉補機 (HPCS) 室排風機 (B) (V13-C002B)	0.140	0.11

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（14/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-7	DB	-	原子炉補機(HPCS)室給気温度 (V13-TE002)	0.855	0.11
R-2F-7-1	DB	-	原子炉補機(HPCS)室給気ケーシ ング	0.000	0.00
R-2F-8	DB	-	CAMS ヒータ制御盤(B) (H21-P384B)	0.000	0.00
R-2F-8	DB	-	原子炉補機(B)室送風機(A) (V12-C001A)	0.115	0.00
R-2F-8	DB	-	原子炉補機(B)室送風機(B) (V12-C001B)	0.115	0.00
R-2F-8	DB	-	原子炉補機(B)室給気温度 (V12-TE002)	0.885	0.00
R-2F-8	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2G(R22-P702)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	460V パワーセンタ 4-2G (R23-P702)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PG (R23-P702)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2G-1(R24-P702-1)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2G-2(R24-P702-2)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2G(R24-P705)	0.000	0.00
R-2F-8	SA	常設	120V 原子炉建屋交流電源切替盤 2G(R47-P701)	0.000	0.00
R-2F-8-1	DB	-	原子炉補機(B)室給気ケーシ ング	0.000	0.00
R-2F-13-1	DB	-	D/G(A)室非常用送風機(A) (V11-C003A)	0.115	0.11

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（15/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-2F-13-1	DB	-	D/G(A)室非常用送風機(B) (V11-C003B)	0.120	0.11
R-2F-13-1	DB	-	D/G(A)室非常用送風機(C) (V11-C003C)	0.115	0.11
R-2F-14-1	DB	-	D/G(HPCS)室非常用送風機(A) (V13-C003A)	0.125	0.12
R-2F-14-1	DB	-	D/G(HPCS)室非常用送風機(B) (V13-C003B)	0.125	0.12
R-2F-15-1	DB	-	D/G(B)室非常用送風機(A) (V12-C003A)	0.120	0.11
R-2F-15-1	DB	-	D/G(B)室非常用送風機(B) (V12-C003B)	0.115	0.11
R-2F-15-1	DB	-	D/G(B)室非常用送風機(C) (V12-C003C)	0.125	0.11
R-2F-17	DB	-	燃料デイトンク油面 (R43-LIS205A)	0.145	0.14
R-2F-18	DB	-	燃料デイトンク油面 (R43-LIS205B)	0.145	0.14
R-2F-19	DB	-	燃料デイトンク油面 (R44-LIS205)	0.145	0.14
R-M2F-3	DB	-	FPCろ過脱塩装置入口第一弁 (G41-F005A)	0.453	0.40
R-M2F-3	DB	-	FPCろ過脱塩装置バイパス弁(A) (G41-F020A)	0.400	0.40
R-M2F-3	DB	-	FPCろ過脱塩装置バイパス弁(B) (G41-F020B)	0.405	0.40
R-M2F-3	DB	-	FPMUW燃料プール注入弁 (P15-F004)	0.925	0.40
R-M2F-5	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(計装ペネトレー ション室)(T71-H2E204)	0.945	0.94

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（16/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-M2F-7	DB	-	原子炉補機(A)室排風機(A) (V11-C002A)	0.125	0.12
R-M2F-7	DB	-	原子炉補機(A)室排風機(B) (V11-C002B)	0.140	0.12
R-M2F-8	DB	-	125V 蓄電池 2H	0.000	0.00
R-M2F-8	SA	常設	125V 蓄電池 2H	0.000	0.00
R-M2F-9	DB	-	原子炉補機(B)室排風機(A) (V12-C002A)	0.125	0.12
R-M2F-9	DB	-	原子炉補機(B)室排風機(B) (V12-C002B)	0.125	0.12
R-1F-1	DB	-	RHR 熱交換器(A)バイパス弁 (E11-F003A)	0.595	0.58
R-1F-1	DB	-	RHR 熱交換器(A)出口弁 (E11-F008A)	0.585	0.58
R-1F-1	DB	-	RHR 熱交換器(A)冷却水出口弁 (P42-F013A)	0.665	0.58
R-1F-1	SA	常設	RHR 熱交換器(A)出口温度 (E11-TE007A)	0.800	0.58
R-1F-1	SA	常設	RHR 熱交換器(A)入口温度 (E11-TE010A)	2.155	0.58
R-1F-2	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	2.165	0.94
R-1F-2	DB	-	CAMS S/C サンプルガス温度(B) (D23-TE019B)	2.161	0.94
R-1F-2	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(バルブラッピング 室) (T71-H2E201)	0.945	0.94
R-1F-3	DB	-	燃料プール冷却浄化系ポンプ(A) (G41-C001A)	0.115	0.10

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（17/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-3	DB	-	燃料プール冷却浄化系ポンプ(B) (G41-C001B)	0.115	0.10
R-1F-3	DB	-	FPC ポンプ(A) 室空調機 (V10-D108)	0.105	0.10
R-1F-3	DB	-	FPC ポンプ(B) 室空調機 (V10-D109)	0.115	0.10
R-1F-3	SA	常設	燃料プール冷却浄化系ポンプ(A) (G41-C001A)	0.115	0.10
R-1F-3	SA	常設	燃料プール冷却浄化系ポンプ(B) (G41-C001B)	0.115	0.10
R-1F-5	DB	-	FCS A系入口隔離弁 (T49-F001A)	5.445	0.24
R-1F-5	DB	-	原子炉圧力(A) (B21-PT051A)	0.610	0.24
R-1F-5	DB	-	原子炉圧力(B) (B21-PT051B)	0.615	0.24
R-1F-5	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	0.400	0.24
R-1F-5	DB	-	HPCW サージタンク 降水管水位レ ベルスイッチ (P47-LS009)	4.070	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045A)	0.575	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045B)	0.575	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045C)	0.570	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(ATWS) (B21-PT045D)	0.570	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(A) (B21-PT051A)	0.610	0.24

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（18/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(B) (B21-PT051B)	0.615	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(SA) (B21-PT060A)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉圧力(SA) (B21-PT060B)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	RHR B系格納容器冷却ライン洗 浄流量(E11-FT017B)	0.245	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉格納容器代替スプレイ流量 (E11-FT018A)	0.945	0.24
R-1F-5	SA	常設	原子炉格納容器代替スプレイ流量 (E11-FT018B)	0.495	0.24
R-1F-5	SA	常設	HPIN ADS(A)入口圧力 (P54-PT007A)	1.080	0.24
R-1F-5	SA	常設	HPIN ADS(B)入口圧力 (P54-PT007B)	1.065	0.24
R-1F-5	SA	常設	フィルタ装置出口圧力(広帯域) (T63-PT006)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	フィルタ装置(A)水温度 (T63-TE011A)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	フィルタ装置(B)水温度 (T63-TE011B)	0.500	0.24
R-1F-5	SA	常設	フィルタ装置(C)水温度 (T63-TE011C)	0.500	0.24
R-1F-7	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(パーソナルエア ロック前室)(T71-H2E202)	0.945	0.94
R-1F-7-1	DB	-	FCS B系入口隔離弁 (T49-F001B)	5.644	5.64
R-1F-8	DB	-	RHR B系格納容器スプレイ流量調 整弁(E11-F009B)	4.195	2.66

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（19/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-8	DB	-	RHR B系格納容器スプレイ隔離弁 (E11-F010B)	4.195	2.66
R-1F-8	DB	-	FCS B系冷却水止め弁 (T49-F005B)	4.295	2.66
R-1F-8	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	2.945	2.66
R-1F-8	DB	-	CAMS D/W サンプルガス温度(B) (D23-TE013B)	3.235	2.66
R-1F-8	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)D/W サンプル入口隔離弁 (T48-S0-F737)	3.238	2.66
R-1F-8	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)D/W サンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F738)	3.404	2.66
R-1F-8	SA	常設	ドライウェルベント用出口隔離弁 (T48-F019)	2.663	2.66
R-1F-9	DB	-	RHR A系格納容器スプレイ流量調 整弁(E11-F009A)	4.191	0.00
R-1F-9	DB	-	RHR A系格納容器スプレイ隔離弁 (E11-F010A)	4.191	0.00
R-1F-9	DB	-	RCIC タービン入口蒸気ライン第 二隔離弁(E51-F008)	1.165	0.00
R-1F-9	DB	-	FCS A系冷却水止め弁 (T49-F005A)	0.880	0.00
R-1F-9	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.000	0.00
R-1F-9	DB	-	CAMS D/W サンプルガス温度(A) (D23-TE013A)	3.918	0.00
R-1F-9	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)D/W サンプル入口隔離弁 (T48-S0-F733)	3.244	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（20/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-9	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)D/W サンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F734)	3.036	0.00
R-1F-9	SA	常設	RCIC タービン入口蒸気ライン第 二隔離弁(E51-F008)	1.165	0.00
R-1F-11	DB	-	RHR 熱交換器(B)バイパス弁 (E11-F003B)	0.625	0.59
R-1F-11	DB	-	RHR 熱交換器(B)出口弁 (E11-F008B)	0.595	0.59
R-1F-11	DB	-	RHR 熱交換器(B)冷却水出口弁 (P42-F013B)	0.695	0.59
R-1F-11	SA	常設	RHR 熱交換器(B)出口温度 (E11-TE007B)	0.800	0.59
R-1F-11	SA	常設	RHR 熱交換器(B)入口温度 (E11-TE010B)	2.155	0.59
R-1F-13	DB	-	D/G(A)室温度 (V11-TIS004)	1.035	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A)室温度 (V11-TIS005)	1.035	0.10
R-1F-13	DB	-	非常用ディーゼル発電機(A) (R43-C001A)	0.115	0.10
R-1F-13	DB	-	非常用ディーゼル機関(A) (R43-C002A)	0.755	0.10
R-1F-13	DB	-	機関付動弁注油電動ポンプ(A) (R43-C101A)	0.820	0.10
R-1F-13	DB	-	機関付動弁注油ポンプ(A)出口圧 カススイッチ(R43-PIS117A)	1.655	0.10
R-1F-13	DB	-	機関過速度(A)ポジションスイッ チ(R43-PoS259A)	0.820	0.10
R-1F-13	DB	-	燃料ハンドル停止位置(A)ポジシ ョンスイッチ(R43-PoS261A)	0.820	0.10

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（21/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-13	DB	-	機関付清水ポンプ(A) 出口圧カス イッチ (R43-PS053A-1)	1.655	0.10
R-1F-13	DB	-	機関付清水ポンプ(A) 出口圧カス イッチ (R43-PS053A-2)	1.655	0.10
R-1F-13	DB	-	機関(A) 入口潤滑油圧カスイッチ (R43-PS107A-1)	1.055	0.10
R-1F-13	DB	-	機関(A) 入口潤滑油圧カスイッチ (R43-PS107A-2)	1.055	0.10
R-1F-13	DB	-	非常用 D/G(A) 速度検出器 (R43-SE345A)	0.105	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A) 第一始動弁 (R43-S0-F308A)	0.725	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A) 第二始動弁 (R43-S0-F311A)	0.725	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A) 第一停止弁 (R43-S0-F317AX)	0.215	0.10
R-1F-13	DB	-	D/G(A) 第二停止弁 (R43-S0-F317AY)	0.215	0.10
R-1F-13	DB	-	機関(A) 出口ディーゼル冷却水温 度スイッチ (R43-TS055A)	1.655	0.10
R-1F-13	DB	-	潤滑油プライミングポンプ(A) 入 口温度スイッチ (R43-TS111A)	1.655	0.10
R-1F-13	SA	常設	フィルタ装置入口圧力 (広帯域) (T63-PT003)	4.378	0.10
R-1F-13	SA	常設	非常用ディーゼル発電機(A) (R43-C001A)	0.115	0.10
R-1F-13	SA	常設	非常用ディーゼル機関(A) (R43-C002A)	0.755	0.10
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A シリ コン整流器盤 (H21-P270A)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（22/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A 界磁調整器盤 (H21-P271A)	0.000	0.00
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A 自動電圧調整器盤 (H21-P272A)	0.000	0.00
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A 補機制御盤 (H21-P273A)	0.000	0.00
R-1F-13-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A 制御盤 (H21-P274A)	0.000	0.00
R-1F-13-1	SA	常設	非常用ディーゼル発電機 2A 制御盤 (H21-P274A)	0.000	0.00
R-1F-14	SA	常設	代替 HPIN 窒素ガス供給止め弁 (A) 入口圧力 (P54-PT101A)	0.500	0.50
R-1F-15	DB	-	D/G(HPCS)室温度 (V13-TIS004)	1.035	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCW 差圧スイッチ (1) (P47-dPS023-1)	2.455	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCW 差圧スイッチ (2) (P47-dPS023-2)	2.455	0.14
R-1F-15	DB	-	清水加熱器 (R44-B002)	0.925	0.14
R-1F-15	DB	-	潤滑油加熱器 (R44-B101)	0.940	0.14
R-1F-15	DB	-	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機 (R44-C001)	1.245	0.14
R-1F-15	DB	-	高圧炉心スプレイ系ディーゼル機関 (R44-C002)	0.965	0.14
R-1F-15	DB	-	清水加熱器ポンプ (R44-C003)	0.925	0.14
R-1F-15	DB	-	潤滑油プライミングポンプ (R44-C100)	0.940	0.14

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（23/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-15	DB	-	潤滑油補給ポンプ (R44-C104)	0.370	0.14
R-1F-15	DB	-	オイルパン油面スイッチ (R44-LIS101)	0.975	0.14
R-1F-15	DB	-	潤滑油補給タンク油面スイッチ (R44-LIS120)	0.145	0.14
R-1F-15	DB	-	機関過速度ポジションスイッチ (R44-PoS259)	0.927	0.14
R-1F-15	DB	-	燃料ハンドル停止位置ポジション スイッチ(R44-PoS261)	0.975	0.14
R-1F-15	DB	-	機関付清水ポンプ出口圧カスイッ チ(R44-PS053-1)	2.455	0.14
R-1F-15	DB	-	機関付清水ポンプ出口圧カスイッ チ(R44-PS053-2)	2.455	0.14
R-1F-15	DB	-	機関入口潤滑油圧カスイッチ (R44-PS114-1)	1.485	0.14
R-1F-15	DB	-	機関入口潤滑油圧カスイッチ (R44-PS114-2)	1.485	0.14
R-1F-15	DB	-	非常用 D/G (HPCS) 速度検出器 (R44-SE345)	0.145	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCSD/G 第一始動弁 (R44-S0-F308)	0.745	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCSD/G 第二始動弁 (R44-S0-F311)	0.745	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCSD/G 第一停止弁 (R44-S0-F317X)	0.230	0.14
R-1F-15	DB	-	HPCSD/G 第二停止弁 (R44-S0-F317Y)	0.230	0.14
R-1F-15	DB	-	機関出口ディーゼル冷却水温度ス イッチ(R44-TS055)	2.455	0.14

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（24/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-15	DB	-	潤滑油プライミングポンプ入口温 度スイッチ(R44-TS106)	1.485	0.14
R-1F-15	SA	常設	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発 電機(R44-C001)	1.245	0.14
R-1F-15	SA	常設	高圧炉心スプレイ系ディーゼル機 関(R44-C002)	0.965	0.14
R-1F-15-1	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2H(R24-P115)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 シリコン整流器盤(H21-P280)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 界磁調整器盤(H21-P281)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 自動電圧調整器盤(H21-P282)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 補機制御盤(H21-P283)	0.000	0.00
R-1F-15-1	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 制御盤(H21-P284)	0.000	0.00
R-1F-15-1	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2H(R24-P115)	0.000	0.00
R-1F-15-1	SA	常設	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発 電機制御盤(H21-P284)	0.000	0.00
R-1F-16	DB	-	D/G(B)室温度 (V12-TIS004)	1.035	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B)室温度 (V12-TIS005)	1.035	0.10
R-1F-16	DB	-	非常用ディーゼル発電機(B) (R43-C001B)	0.105	0.10
R-1F-16	DB	-	非常用ディーゼル機関(B) (R43-C002B)	0.795	0.10

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（25/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-16	DB	-	機関付動弁注油電動ポンプ(B) (R43-C101B)	0.820	0.10
R-1F-16	DB	-	機関付動弁注油ポンプ(B) 出口圧 カスイッチ(R43-PIS117B)	1.655	0.10
R-1F-16	DB	-	機関過速度(B) ポジションスイッ チ(R43-PoS259B)	0.820	0.10
R-1F-16	DB	-	燃料ハンドル停止位置(B) ポジシ ョンスイッチ(R43-PoS261B)	0.820	0.10
R-1F-16	DB	-	機関付清水ポンプ(B) 出口圧カス イッチ(R43-PS053B-1)	1.655	0.10
R-1F-16	DB	-	機関付清水ポンプ(B) 出口圧カス イッチ(R43-PS053B-2)	1.655	0.10
R-1F-16	DB	-	機関(B) 入口潤滑油圧カスイッチ (R43-PS107B-1)	1.055	0.10
R-1F-16	DB	-	機関(B) 入口潤滑油圧カスイッチ (R43-PS107B-2)	1.055	0.10
R-1F-16	DB	-	非常用 D/G(B) 速度検出器 (R43-SE345B)	0.105	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B) 第一始動弁 (R43-S0-F308B)	0.735	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B) 第二始動弁 (R43-S0-F311B)	0.735	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B) 第一停止弁 (R43-S0-F317BX)	0.225	0.10
R-1F-16	DB	-	D/G(B) 第二停止弁 (R43-S0-F317BY)	0.225	0.10
R-1F-16	DB	-	機関(B) 出口ディーゼル冷却水温 度スイッチ(R43-TS055B)	1.655	0.10
R-1F-16	DB	-	潤滑油プライミングポンプ(B) 入 口温度スイッチ(R43-TS111B)	1.655	0.10

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（26/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-1F-16	SA	常設	非常用ディーゼル発電機(B) (R43-C001B)	0.105	0.10
R-1F-16	SA	常設	非常用ディーゼル機関(B) (R43-C002B)	0.795	0.10
R-1F-16-1	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコント ールセンタ 2D-5 (R24-P112)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B シリ コン整流器盤 (H21-P270B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B 界磁 調整器盤 (H21-P271B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B 自動 電圧調整器盤 (H21-P272B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B 補機 制御盤 (H21-P273B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B 制御 盤 (H21-P274B)	0.000	0.00
R-1F-16-1	SA	常設	代替 HPIN 窒素ガス供給止め弁 (B) 入口圧力 (P54-PT101B)	0.245	0.00
R-1F-16-1	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコント ールセンタ 2D-5 (R24-P112)	0.000	0.00
R-1F-16-1	SA	常設	非常用ディーゼル発電機 2B 制御 盤 (H21-P274B)	0.000	0.00
R-MB1F-1	DB	-	RHR A 系 LPCI 注入隔離弁 (E11-F004A)	0.545	0.00
R-MB1F-1	DB	-	CAMS 配管ヒータ (A) (D23-HA1, HA2)	0.005	0.00
R-MB1F-1	DB	-	CAMS S/C サンプルガス温度 (A) (D23-TE019A)	1.055	0.00
R-MB1F-2	DB	-	HPCS 注入隔離弁 (E22-F003)	0.545	0.54

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（27/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-MB1F-2	SA	常設	高圧炉心スプレイ系注入隔離弁 (E22-F003)	0.545	0.54
R-MB1F-3	DB	-	RHR B系 LPCI 注入隔離弁 (E11-F004B)	0.565	0.53
R-MB1F-3	DB	-	RHR C系 LPCI 注入隔離弁 (E11-F004C)	0.535	0.53
R-MB1F-4	DB	-	LPCS 注入隔離弁 (E21-F003)	0.545	0.44
R-MB1F-4	DB	-	HNCW 戻りライン第二隔離弁 (P24-F108)	0.445	0.44
R-B1F-1	DB	-	RHR A系エルボ差圧(A) (E11-dPT016A)	0.605	0.24
R-B1F-1	DB	-	RHR A系エルボ差圧(B) (E11-dPT016B)	0.590	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC エルボ差圧 (E51-dPT019A)	0.605	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC エルボ差圧 (E51-dPT019B)	0.590	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020A)	1.165	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020B)	1.155	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020C)	1.165	0.24
R-B1F-1	DB	-	RCIC 蒸気管圧力 (E51-PT020D)	1.155	0.24
R-B1F-1	DB	-	RHR B系エルボ差圧(C) (E11-dPT016C)	0.605	0.24
R-B1F-1	DB	-	RHR B系エルボ差圧(D) (E11-dPT016D)	0.590	0.24

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（28/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-1	DB	-	圧力抑制室内圧力 (T48-PT018A)	0.935	0.24
R-B1F-1	DB	-	圧力抑制室内圧力 (T48-PT018B)	0.910	0.24
R-B1F-1	DB	-	原子炉水位(広帯域)(A) (B21-LT052A)	0.605	0.24
R-B1F-1	DB	-	原子炉水位(広帯域)(B) (B21-LT052B)	0.595	0.24
R-B1F-1	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	0.400	0.24
R-B1F-1	DB	-	CAMS γ線検出器(A)D/W (D23-RE005A)	3.645	0.24
R-B1F-1	DB	-	CAMS γ線検出器(B)D/W (D23-RE005B)	3.645	0.24
R-B1F-1	DB	-	FPC ポンプ(A)出口流量 (G41-FT005A)	0.575	0.24
R-B1F-1	DB	-	FPC ポンプ(B)出口流量 (G41-FT005B)	0.575	0.24
R-B1F-1	DB	-	FPC ポンプ(A)入口圧力 (G41-PT002A)	1.140	0.24
R-B1F-1	DB	-	FPC ポンプ(B)入口圧力 (G41-PT002B)	0.575	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036A)	0.585	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036B)	0.585	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036C)	0.625	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(PLR) (B21-LT036D)	0.625	0.24

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（29/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(A)/LPCS/ADS(A)) (B21-LT037A)	1.160	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(B)(C)/ADS(B)) (B21-LT037B)	1.140	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(A)/LPCS/ADS(A)) (B21-LT037C)	0.595	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域) (RCIC/RHR(B)(C)/ADS(B)) (B21-LT037D)	0.575	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(燃料域) (B21-LT044A)	0.570	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(燃料域) (B21-LT044B)	0.575	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(A) (B21-LT052A)	0.605	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(広帯域)(B) (B21-LT052B)	0.595	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(SA 広帯域) (B21-LT058)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉水位(SA 燃料域) (B21-LT059)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	RHR ヘッドスプレイライン洗淨流 量(E11-FT017A)	1.015	0.24
R-B1F-1	SA	常設	原子炉格納容器下部注水流量 (P13-FT035)	0.995	0.24
R-B1F-1	SA	常設	RHR 熱交換器(A)冷却水入口流量 (P42-FT016A)	0.980	0.24

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（30/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-1	SA	常設	RHR 熱交換器(B)冷却水入口流量 (P42-FT016B)	0.985	0.24
R-B1F-1	SA	常設	圧力抑制室圧力 (T48-PT019)	1.310	0.24
R-B1F-1	SA	常設	フィルタ装置(A)水位(広帯域) (T63-LT010A)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	フィルタ装置(B)水位(広帯域) (T63-LT010B)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	フィルタ装置(C)水位(広帯域) (T63-LT010C)	0.245	0.24
R-B1F-1	SA	常設	CAMS γ線検出器(A)D/W (D23-RE005A)	3.645	0.24
R-B1F-1	SA	常設	CAMS γ線検出器(B)D/W (D23-RE005B)	3.645	0.24
R-B1F-2	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(CRD補修室) (T71-H2E203)	0.945	0.94
R-B1F-3-1	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.595	0.59
R-B1F-3-2	DB	-	主蒸気ドレンライン第二隔離弁 (B21-F005)	0.570	0.57
R-B1F-3-2	SA	常設	原子炉建屋ブローアウトパネル閉 止装置	27.145	0.57
R-B1F-3-3	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	0.045	0.04
R-B1F-4	DB	-	125V 直流 RCIC モータコントロー ルセンタ(R42-P101)	0.000	0.00
R-B1F-4	SA	常設	125V 直流 RCIC モータコントロー ルセンタ(R42-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	FCS SCR 盤 ESS- I (H21-P095A)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（31/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-6	DB	-	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2C(R22-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V パワーセンタ 4-2C (R23-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-1(R24-P103)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-2(R24-P104)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-3(R24-P105)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-4(R24-P106)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-5(R24-P107)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A NGR 盤(H21-P275A)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A SCT 盤(H21-P276A)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A PPT 盤(H21-P277A)	0.000	0.00
R-B1F-6	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2A PT- CT 盤(H21-P278A)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2C(R22-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V パワーセンタ 4-2C (R23-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PC (R23-P101)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-1(R24-P103)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（32/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-2 (R24-P104)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-3 (R24-P105)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-4 (R24-P106)	0.000	0.00
R-B1F-6	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2C-5 (R24-P107)	0.000	0.00
R-B1F-7	DB	-	D/G RCW 差圧スイッチ (A-1) (P42-dPS083A-1)	0.645	0.12
R-B1F-7	DB	-	D/G RCW 差圧スイッチ (A-2) (P42-dPS083A-2)	0.645	0.12
R-B1F-7	DB	-	非常用 D/G (A) 冷却水出口弁 (A) (P42-F031A)	3.895	0.12
R-B1F-7	DB	-	非常用 D/G (A) 冷却水出口弁 (C) (P42-F031C)	3.895	0.12
R-B1F-7	DB	-	清水加熱器 (A) (R43-B002A)	0.125	0.12
R-B1F-7	DB	-	潤滑油加熱器 (A) (R43-B101A)	0.135	0.12
R-B1F-7	DB	-	清水加熱器ポンプ (A) (R43-C003A)	0.125	0.12
R-B1F-7	DB	-	潤滑油プライミングポンプ (A) (R43-C100A)	0.135	0.12
R-B1F-9	DB	-	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2H (R22-P103)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	MCC 動力変圧器 6-2PH (R23-P103)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	高圧炉心スプレイ系 120V 交流分 電盤 2H (R47-P053)	0.545	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（33/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-9	DB	-	HPCS 交流分電盤 2H 用変圧器 (R47-TR001)	0.075	0.00
R-B1F-9	DB	-	125V 充電器盤 2H (R42-P032)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	125V 直流主母線盤 2H(パワーセ ンタ) (R42-P033)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	125V 直流主母線盤 2H(モータコ ントロールセンタ) (R42-P034)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	125V 直流分電盤 2H (R42-P060)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 NGR 盤(H21-P285)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 SCT 盤(H21-P286)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 PPT 盤(H21-P287)	0.000	0.00
R-B1F-9	DB	-	HPCS 系非常用ディーゼル発電機 PT-CT 盤(H21-P288)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2H(R22-P103)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	MCC 動力変圧器 6-2PH (R23-P103)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	125V 充電器盤 2H (R42-P032)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	125V 直流主母線盤 2H(パワーセ ンタ) (R42-P033)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	125V 直流主母線盤 2H(モータコ ントロールセンタ) (R42-P034)	0.000	0.00
R-B1F-9	SA	常設	125V 直流分電盤 2H (R42-P060)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（34/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-10	DB	-	FCS SCR 盤 ESS-II (H21-P095B)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2D (R22-P102)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	460V パワーセンタ 4-2D (R23-P102)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B NGR 盤 (H21-P275B)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B SCT 盤 (H21-P276B)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B PPT 盤 (H21-P277B)	0.000	0.00
R-B1F-10	DB	-	非常用ディーゼル発電機 2B PT- CT 盤 (H21-P278B)	0.000	0.00
R-B1F-10	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2D (R22-P102)	0.000	0.00
R-B1F-10	SA	常設	460V パワーセンタ 4-2D (R23-P102)	0.000	0.00
R-B1F-10	SA	常設	パワーセンタ動力変圧器 6-2PD (R23-P102)	0.000	0.00
R-B1F-11	DB	-	D/G RCW 差圧スイッチ (B-1) (P42-dPS083B-1)	0.645	0.11
R-B1F-11	DB	-	D/G RCW 差圧スイッチ (B-2) (P42-dPS083B-2)	0.645	0.11
R-B1F-11	DB	-	非常用 D/G (B) 冷却水出口弁 (B) (P42-F031B)	0.535	0.11
R-B1F-11	DB	-	非常用 D/G (B) 冷却水出口弁 (D) (P42-F031D)	0.535	0.11
R-B1F-11	DB	-	清水加熱器 (B) (R43-B002B)	0.115	0.11

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（35/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B1F-11	DB	-	潤滑油加熱器 (B) (R43-B101B)	0.115	0.11
R-B1F-11	DB	-	清水加熱器ポンプ (B) (R43-C003B)	0.115	0.11
R-B1F-11	DB	-	潤滑油プライミングポンプ (B) (R43-C100B)	0.115	0.11
R-B1F-12	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-1 (R24-P108)	0.000	0.00
R-B1F-12	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-2 (R24-P109)	0.000	0.00
R-B1F-12	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-3 (R24-P110)	0.000	0.00
R-B1F-12	DB	-	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-4 (R24-P111)	0.000	0.00
R-B1F-12	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-1 (R24-P108)	0.000	0.00
R-B1F-12	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-2 (R24-P109)	0.000	0.00
R-B1F-12	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-3 (R24-P110)	0.000	0.00
R-B1F-12	SA	常設	460V 原子炉建屋 モータコントロ ールセンタ 2D-4 (R24-P111)	0.000	0.00
R-B1F-13	SA	常設	RCIC 蒸気供給ライン分離弁 (E51-F082)	1.124	1.12
R-B1F-13	SA	常設	高圧代替注水系蒸気供給ライン分 離弁 (E61-F064)	3.600	1.12
R-B2F-1	DB	-	RHR A 系 LPCI 注入隔離弁差圧 (E11-dPT008A)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (A) 出口流量 (E11-FT006A)	1.180	0.57

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（36/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (A) 出口圧力 (E11-PT004A-1)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (A) 出口圧力 (E11-PT004A-2)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気圧力 (E51-PT009A)	0.595	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気圧力 (E51-PT009B)	0.595	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気ダイアフラム 圧力 (E51-PT011A)	1.160	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気ダイアフラム 圧力 (E51-PT011B)	0.855	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気ダイアフラム 圧力 (E51-PT011C)	0.595	0.57
R-B2F-1	DB	-	RCIC タービン排気ダイアフラム 圧力 (E51-PT011D)	0.855	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR B 系 LPCI 注入隔離弁差圧 (E11-dPT008B)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (B) 出口流量 (E11-FT006B)	1.185	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (B) 出口圧力 (E11-PT004B-1)	0.615	0.57
R-B2F-1	DB	-	RHR ポンプ (B) 出口圧力 (E11-PT004B-2)	0.615	0.57
R-B2F-1	SA	常設	RHR ポンプ (A) 出口圧力 (E11-PT005A)	0.585	0.57
R-B2F-1	SA	常設	RHR ポンプ (B) 出口圧力 (E11-PT005B)	0.575	0.57
R-B2F-1	SA	常設	RHR ポンプ (A) 出口流量 (E11-FT006A)	1.180	0.57

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（37/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B2F-1	SA	常設	RHR ポンプ(B) 出口流量 (E11-FT006B)	1.185	0.57
R-B2F-1	SA	常設	高圧代替注水系ポンプ出口圧力 (E61-PT003)	0.975	0.57
R-B2F-1	SA	常設	高圧代替注水系ポンプ出口流量 (E61-FT004)	0.595	0.57
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ注入隔離弁差圧 (E21-dPT007)	0.610	0.10
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ出口流量 (E21-FT006)	0.610	0.10
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ出口圧力 (E21-PT004A)	0.610	0.10
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ出口圧力 (E21-PT004B)	0.610	0.10
R-B2F-2	DB	-	LPCS ポンプ室空調機 (V10-D101)	0.105	0.10
R-B2F-2	SA	常設	LPCS ポンプ出口圧力 (E21-PT005)	1.190	0.10
R-B2F-2	SA	常設	LPCS ポンプ出口流量 (E21-FT006)	0.610	0.10
R-B2F-3	DB	-	HPCS ポンプ出口流量 (E22-FT005A)	1.175	0.13
R-B2F-3	DB	-	HPCS ポンプ入口圧力 (E22-PT001B)	0.605	0.13
R-B2F-3	DB	-	HPCS ポンプ出口圧力 (E22-PT004)	0.605	0.13
R-B2F-3	DB	-	HPCS ポンプ室空調機 (V10-D106)	0.135	0.13
R-B2F-3	SA	常設	HPCS ポンプ出口圧力 (E22-PT004)	0.605	0.13

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（38/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B2F-3	SA	常設	HPCS ポンプ出口流量 (E22-FT005B)	0.590	0.13
R-B2F-5	SA	常設	復水移送ポンプ (A) (P13-C001A)	0.110	0.10
R-B2F-5	SA	常設	復水移送ポンプ (B) (P13-C001B)	0.110	0.10
R-B2F-5	SA	常設	復水移送ポンプ (C) (P13-C001C)	0.105	0.10
R-B2F-5	SA	常設	復水移送ポンプ出口圧力 (P13-PT011)	0.920	0.10
R-B2F-6	SA	常設	高圧代替注水系タービンポンプ (E61-C001)	0.545	0.54
R-B2F-6	SA	常設	高圧代替注水系注入弁 (E61-F003)	0.575	0.54
R-B2F-6	SA	常設	高圧代替注水系タービン止め弁 (E61-F050)	2.667	0.54
R-B2F-8	SA	常設	代替原子炉再循環ポンプトリップ 遮断器 (A)	0.000	0.00
R-B2F-8	SA	常設	代替原子炉再循環ポンプトリップ 遮断器 (B)	0.000	0.00
R-B3F-1	SA	常設	RHR ポンプ (C) 出口圧力 (E11-PT005C)	1.110	1.11
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン蒸気加減弁電油変 換器 ((20-CV))	0.855	0.43
R-B3F-2	DB	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ (E51-C001)	0.883	0.43
R-B3F-2	DB	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ駆動用 タービン (E51-C002)	0.825	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ CST 吸込弁 (E51-F001)	0.445	0.43

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（39/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ S/C 吸込弁 (E51-F005)	0.430	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン止め弁 (E51-F009)	2.694	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC 冷却水ライン止め弁 (E51-F017)	2.713	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン主蒸気止め弁 (E51-F071)	0.883	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ出口流量 (E51-FT004)	1.245	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン蒸気加減弁 (E51-H0-F072)	0.883	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン主蒸気止め弁全閉 表示用リミットスイッチ (E51-PoS031)	0.855	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン非常トリップ装置& 非常調速機作動表示用リミットス イッチ (E51-PoS041)	0.855	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン蒸気加減弁開度発 信器 (E51-PoT050)	0.855	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ入口圧力 (E51-PT001B)	1.375	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ出口圧力 (E51-PT003)	1.245	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC ポンプ駆動用タービン入口 蒸気圧力 (E51-PT007)	1.375	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン回転数検出器-1 (E51-SE042)	0.825	0.43
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービン回転数検出器-2 (E51-SE043)	0.825	0.43

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（40/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-2	DB	-	RCIC タービンメカニカルトリップ用ソレノイド (E51-S0052)	0.855	0.43
R-B3F-2	SA	常設	原子炉隔離時冷却系ポンプ (E51-C001)	0.883	0.43
R-B3F-2	SA	常設	RCIC タービン止め弁 (E51-F009)	2.694	0.43
R-B3F-2	SA	常設	RCIC 冷却水ライン止め弁 (E51-F017)	2.713	0.43
R-B3F-2	SA	常設	RCIC ポンプ出口圧力 (E51-PT003)	1.245	0.43
R-B3F-2	SA	常設	RCIC ポンプ出口流量 (E51-FT004)	1.245	0.43
R-B3F-3	DB	-	残留熱除去系ポンプ(A) (E11-C001A)	0.060	0.06
R-B3F-3	DB	-	RHR ポンプ (A) S/C 吸込弁 (E11-F001A)	0.865	0.06
R-B3F-3	DB	-	RHR ポンプ (A) 停止時冷却吸込弁 (E11-F017A)	0.865	0.06
R-B3F-3	DB	-	RHR ポンプ (A) 室空調機 (V10-D102)	0.125	0.06
R-B3F-3	SA	常設	残留熱除去系ポンプ(A) (E11-C001A)	0.060	0.06
R-B3F-4	DB	-	低圧炉心スプレイ系ポンプ (E21-C001)	0.065	0.06
R-B3F-4	DB	-	LPCS ポンプ S/C 吸込弁 (E21-F001)	0.965	0.06
R-B3F-4	SA	常設	低圧炉心スプレイ系ポンプ (E21-C001)	0.065	0.06
R-B3F-4	SA	常設	圧力抑制室水位 (T48-LT027)	0.715	0.06

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（41/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-5	DB	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ (E22-C001)	0.075	0.07
R-B3F-5	DB	-	HPCS ポンプ CST 吸込弁 (E22-F001)	2.375	0.07
R-B3F-5	DB	-	HPCS ポンプ S/C 吸込弁 (E22-F006)	0.875	0.07
R-B3F-5	DB	-	サブレーションプール水位 (E22-LT010A)	0.490	0.07
R-B3F-5	DB	-	サブレーションプール水位 (E22-LT010B)	0.490	0.07
R-B3F-5	SA	常設	高圧炉心スプレイ系ポンプ (E22-C001)	0.075	0.07
R-B3F-5	SA	常設	圧力抑制室水位 (T48-LT027B)	0.495	0.07
R-B3F-6	DB	-	残留熱除去系ポンプ(B) (E11-C001B)	0.045	0.04
R-B3F-6	DB	-	RHR ポンプ(B) S/C 吸込弁 (E11-F001B)	0.895	0.04
R-B3F-6	DB	-	RHR ポンプ(B) 停止時冷却吸込弁 (E11-F017B)	0.895	0.04
R-B3F-6	DB	-	RHR ポンプ(B) 室空調機 (V10-D103)	0.095	0.04
R-B3F-6	SA	常設	残留熱除去系ポンプ(B) (E11-C001B)	0.045	0.04
R-B3F-7	DB	-	残留熱除去系ポンプ(C) (E11-C001C)	0.035	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR C 系 LPCI 注入隔離弁差圧 (E11-dPT008C)	0.895	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ(C) S/C 吸込弁 (E11-F001C)	0.855	0.03

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（42/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ (C) 出口流量 (E11-FT006C)	0.895	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ (C) 出口圧力 (E11-PT004C-1)	1.005	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ (C) 出口圧力 (E11-PT004C-2)	1.005	0.03
R-B3F-7	DB	-	FPMUW ポンプ出口流量 (P15-FT005)	0.885	0.03
R-B3F-7	DB	-	FPMUW ポンプ入口圧力 (P15-PT001)	1.015	0.03
R-B3F-7	DB	-	RHR ポンプ (C) 室空調機 (V10-D105)	0.115	0.03
R-B3F-7	SA	常設	残留熱除去系ポンプ (C) (E11-C001C)	0.035	0.03
R-B3F-7	SA	常設	RHR ポンプ (C) 出口流量 (E11-FT006C)	0.895	0.03
R-B3F-8	DB	-	燃料プール補給水ポンプ (P15-C001)	0.105	0.10
R-B3F-8	DB	-	FPMUW ポンプ室空調機 (V10-D107)	0.105	0.10
R-B3F-8	SA	常設	燃料プール補給水系ポンプ吸込弁 (P15-F001)	0.505	0.10
R-B3F-10	DB	-	RHR A 系 S/C スプレー隔離弁 (E11-F011A)	10.120	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR A 系停止時冷却吸込第二隔離 弁 (E11-F016A)	11.108	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR A 系停止時冷却注入隔離弁 (E11-F018A)	11.064	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR ポンプ (A) ミニマムフロー弁 (E11-F024A)	9.180	6.40

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（43/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-10	DB	-	LPCS ポンプミニマムフロー弁 (E21-F009)	9.371	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCIC 注入弁 (E51-F003)	11.296	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCIC タービン排気ライン隔離弁 (E51-F011)	8.667	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCIC ポンプミニマムフロー弁 (E51-F015)	9.187	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCIC 真空ポンプ吐出ライン隔離 弁(E51-F029)	6.404	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR B 系 S/C スプレイ隔離弁 (E11-F011B)	10.117	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR B 系停止時冷却吸込第二隔離 弁(E11-F016B)	11.203	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR B 系停止時冷却注入隔離弁 (E11-F018B)	11.203	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR ポンプ(B) ミニマムフロー弁 (E11-F024B)	9.373	6.40
R-B3F-10	DB	-	RHR ポンプ(C) ミニマムフロー弁 (E11-F024C)	9.373	6.40
R-B3F-10	DB	-	HPCS ポンプ CST 側ミニマムフロ ー第一弁(E22-F011)	9.433	6.40
R-B3F-10	DB	-	HPCS ポンプ CST 側ミニマムフロ ー第二弁(E22-F012)	9.433	6.40
R-B3F-10	DB	-	HPCS ポンプ S/C 側ミニマムフロ ー弁(E22-F013)	9.435	6.40
R-B3F-10	DB	-	CUW 入口ライン第二隔離弁 (G31-F003)	10.320	6.40
R-B3F-10	DB	-	D/W LCW サンプ第二隔離弁 (K11-F004)	9.663	6.40

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（44/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-10	DB	-	D/W HCW サンプ第二隔離弁 (K11-F104)	9.663	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCW 戻り側第二隔離弁(A) (P42-F116A)	9.694	6.40
R-B3F-10	DB	-	RCW 戻り側第二隔離弁(B) (P42-F116B)	9.664	6.40
R-B3F-10	DB	-	FCS A 系出口隔離弁 (T49-F003A)	9.400	6.40
R-B3F-10	DB	-	FCS B 系出口隔離弁 (T49-F003B)	9.432	6.40
R-B3F-10	DB	-	CAMS 配管ヒータ(A) (D23-HA1, HA2)	7.695	6.40
R-B3F-10	DB	-	CAMS 配管ヒータ(B) (D23-HB1, HB2)	7.695	6.40
R-B3F-10	DB	-	CAMS γ線検出器(A)S/C (D23-RE006A)	10.245	6.40
R-B3F-10	DB	-	CAMS γ線検出器(B)S/C (D23-RE006B)	10.245	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)S/C サンプル入口隔離弁 (T48-S0-F741)	7.976	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)S/C サンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F742)	7.975	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(A)ド レン隔離弁(T48-S0-F744)	6.459	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)S/C サンプル入口隔離弁 (T48-S0-F747)	7.972	6.40

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（45/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)S/C サンプル戻り隔離弁 (T48-S0-F748)	7.974	6.40
R-B3F-10	DB	-	格納容器内雰囲気モニタ系(B)ド レン隔離弁(T48-S0-F750)	6.449	6.40
R-B3F-10	SA	常設	RCIC 注入弁 (E51-F003)	11.296	6.40
R-B3F-10	SA	常設	原子炉建屋内水素モニタ中小区画 水素濃度検出器(トーラス室) (T71-H2E205)	8.245	6.40
R-B3F-10	SA	常設	CAMS γ線検出器(A)S/C (D23-RE006A)	10.245	6.40
R-B3F-10	SA	常設	CAMS γ線検出器(B)S/C (D23-RE006B)	10.245	6.40
R-B3F-10	SA	常設	サプレッションチェンバメント用 出口隔離弁(T48-F022)	10.696	6.40
R-B3F-11	DB	-	RCW ポンプ(A)室空調機(A) (V11-D101A)	0.110	0.09
R-B3F-11	DB	-	RCW ポンプ(A)室空調機(B) (V11-D101B)	0.110	0.09
R-B3F-11	DB	-	原子炉補機冷却水ポンプ(A) (P42-C001A)	0.100	0.09
R-B3F-11	DB	-	原子炉補機冷却水ポンプ(C) (P42-C001C)	0.090	0.09
R-B3F-11	DB	-	RCW 熱交換器(A)冷却水出口弁 (P42-F004A)	0.545	0.09
R-B3F-11	DB	-	RCW 熱交換器(C)冷却水出口弁 (P42-F004C)	0.565	0.09
R-B3F-11	DB	-	RCW 常用冷却水供給側分離弁(A) (P42-F091A)	0.595	0.09

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（46/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-11	DB	-	RCW A系 冷却水供給圧力 (P42-PT004A)	0.555	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(A) 差圧 (P45-dPT002A)	0.370	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(C) 差圧 (P45-dPT002C)	0.370	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(A) 旋回弁 (P45-F004A)	0.192	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(C) 旋回弁 (P45-F004C)	0.192	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(A) ブロー弁 (P45-F012A)	0.745	0.09
R-B3F-11	DB	-	RSW ストレーナ(C) ブロー弁 (P45-F012C)	0.745	0.09
R-B3F-11	SA	常設	原子炉補機冷却水ポンプ(A) (P42-C001A)	0.100	0.09
R-B3F-11	SA	常設	原子炉補機冷却水ポンプ(C) (P42-C001C)	0.090	0.09
R-B3F-11	SA	常設	RCW A系 系統流量 (P42-FT006A)	0.740	0.09
R-B3F-13	DB	-	高圧炉心スプレー補機冷却水ポン プ(P47-C001)	0.075	0.07
R-B3F-13	SA	常設	直流駆動低圧注水系ポンプ (E71-C001)	0.445	0.07
R-B3F-13	SA	常設	高圧炉心スプレー補機冷却水ポン プ(P47-C001)	0.075	0.07
R-B3F-13	SA	常設	直流駆動低圧注水系ポンプ出口圧 力(E71-PT004)	0.245	0.07
R-B3F-13	SA	常設	直流駆動低圧注水系ポンプ出口流 量(E71-FT005)	0.245	0.07

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（47/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-14	DB	-	RCW ポンプ (B) 室空調機 (A) (V12-D101A)	0.105	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW ポンプ (B) 室空調機 (B) (V12-D101B)	0.095	0.09
R-B3F-14	DB	-	原子炉補機冷却水ポンプ (B) (P42-C001B)	0.095	0.09
R-B3F-14	DB	-	原子炉補機冷却水ポンプ (D) (P42-C001D)	0.090	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW 熱交換器 (B) 冷却水出口弁 (P42-F004B)	0.545	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW 熱交換器 (D) 冷却水出口弁 (P42-F004D)	0.545	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW 常用冷却水供給側分離弁 (B) (P42-F091B)	0.565	0.09
R-B3F-14	DB	-	RCW B 系 冷却水供給圧力 (P42-PT004B)	0.785	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (B) 差圧 (P45-dPT002B)	0.370	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (D) 差圧 (P45-dPT002D)	0.370	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (B) 旋回弁 (P45-F004B)	0.192	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (D) 旋回弁 (P45-F004D)	0.192	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (B) ブロー弁 (P45-F012B)	0.745	0.09
R-B3F-14	DB	-	RSW ストレーナ (D) ブロー弁 (P45-F012D)	0.745	0.09
R-B3F-14	SA	常設	原子炉補機冷却水ポンプ (B) (P42-C001B)	0.095	0.09

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（48/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
R-B3F-14	SA	常設	原子炉補機冷却水ポンプ(D) (P42-C001D)	0.090	0.09
R-B3F-14	SA	常設	RCW B系 系統流量 (P42-FT006B)	0.745	0.09
RW-M3F-3	SA	常設	耐圧強化ベント系放射線モニタ (D11-RE019A)	0.425	0.42
RW-M3F-3	SA	常設	耐圧強化ベント系放射線モニタ (D11-RE019B)	0.425	0.42
RW-1F-2-2	DB	-	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2C(R24-P703)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	DB	-	125V 直流電源切替盤 2A (R42-P715A)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	SA	常設	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2C(R24-P703)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A-1(パワー センタ)(R42-P711A)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A-1 (モータ コントロールセンタ) (R42-P712A)	0.000	0.00
RW-1F-2-2	SA	常設	125V 直流電源切替盤 2A (R42-P715A)	0.000	0.00
RW-1F-2-3	DB	-	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2D(R24-P704)	0.000	0.00
RW-1F-2-3	DB	-	125V 直流電源切替盤 2B (R42-P715B)	0.000	0.00
RW-1F-2-3	SA	常設	460V 原子炉建屋 交流電源切替盤 2D(R24-P704)	0.000	0.00
RW-1F-2-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B-1 (パワー センタ)(R42-P711B)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-1 溢水防護区画毎の整理結果（原子炉建屋）（49/49）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
RW-1F-2-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B-1（モータ コントロールセンタ） (R42-P712B)	0.000	0.00
RW-1F-2-3	SA	常設	125V 直流電源切替盤 2B (R42-P715B)	0.000	0.00
RW-B3F-1	SA	常設	代替循環冷却ポンプ出口圧力 (E11-PT021)	0.245	0.24
RW-B3F-1	SA	常設	代替循環冷却ポンプ出口流量 (E11-FT022)	0.245	0.24
RW-B3F-1	SA	常設	代替循環冷却ポンプ (E11-C002)	0.445	0.24

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（1/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-3F-1	DB	-	中央制御室制御盤 (H11)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	常設	データ表示装置(待避所)	0.545	0.00
C-3F-1	SA	常設	無線連絡設備(固定型)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	無線連絡設備(携帯型)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	常設	衛星電話設備(固定型)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	衛星電話設備(携帯型)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	携行型通話装置	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	酸素濃度計(中央制御室用)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	二酸化炭素濃度計(中央制御室用)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	可搬	可搬型照明 (SA)	0.000	0.00
C-3F-1	SA	常設	安全パラメータ表示システム (SPDS) (データ収集装置)	0.495	0.00
C-3F-1	SA	常設	差圧計(中央制御室待避所用) (V84-dPI001)	1.450	0.00
C-2F-1	DB	-	CAMS モニタプリアンプ収納箱(A) (H25-P386A)	0.695	0.28
C-2F-1	DB	-	中央制御室端子盤 (H21)	0.285	0.28
C-2F-2	DB	-	CAMS モニタプリアンプ収納箱(B) (H25-P386B)	0.685	0.28

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（2/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-2F-2	DB	-	中央制御室端子盤 (H21)	0.285	0.28
C-2F-4	DB	-	中央制御室端子盤 (H21)	0.295	0.00
C-2F-4	SA	可搬	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電 池	0.000	0.00
C-2F-6	SA	可搬	主蒸気逃がし安全弁用可搬型蓄電 池	0.000	0.00
C-2F-7	SA	常設	125V 代替蓄電池	0.000	0.00
C-MB1F-1	DB	-	125V 蓄電池 2A	0.000	0.00
C-MB1F-1	SA	常設	125V 蓄電池 2A	0.000	0.00
C-B1F-1	DB	-	計測制御電源(A)室給気温度 (V31-TE002)	0.785	0.78
C-B1F-2	DB	-	125V 蓄電池 2A	0.000	0.00
C-B1F-2	SA	常設	125V 蓄電池 2A	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	RCIC タービン制御盤 (H21-P042)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-1 (R24-P301)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-2 (R24-P302)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	RSS 盤(A)用変圧器 (R47-TR003)	0.075	0.00
C-B1F-3	DB	-	無停電交流電源用静止型無停電電 源装置 2A (R46-P001A)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（3/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B1F-3	DB	-	交流 120V 無停電交流分電盤 2A-1 (R46-P051)	0.145	0.00
C-B1F-3	DB	-	中央制御室用電源切替盤 2A (R47-P003A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	中央制御室 120V 交流分電盤 2A (R47-P051)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 直流主母線盤 2A(受電パワ ーセンタ) (R42-P001A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 充電器盤 2A (R42-P002A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 直流主母線盤 2A(パワーセ ンタ) (R42-P003A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 直流主母線盤 2A(モータコ ントロールセンタ) (R42-P004A)	0.000	0.00
C-B1F-3	DB	-	125V 直流分電盤 2A-1 (R42-P051)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-1 (R24-P301)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2C-2 (R24-P302)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A(受電パワ ーセンタ) (R42-P001A)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 充電器盤 2A (R42-P002A)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A(パワーセ ンタ) (R42-P003A)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 直流主母線盤 2A(モータコ ントロールセンタ) (R42-P004A)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	125V 直流分電盤 2A-1 (R42-P051)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（4/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B1F-3	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2A (R47-P051)	0.000	0.00
C-B1F-3	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2A-1 (R47-P051-1)	0.000	0.00
C-B1F-4	DB	-	125V 蓄電池 2B	0.000	0.00
C-B1F-4	SA	常設	125V 蓄電池 2B	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-1 (R24-P303)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	460V 制御建屋 モータコントロー ルセンタ 2D-2 (R24-P304)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	RSS 盤(B)用変圧器 (R47-TR004)	0.075	0.00
C-B1F-5	DB	-	無停電交流電源用静止型無停電電 源装置 2B (R46-P001B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	交流 120V 無停電交流分電盤 2B-1 (R46-P053)	0.145	0.00
C-B1F-5	DB	-	中央制御室用電源切替盤 2B (R47-P003B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	中央制御室 120V 交流分電盤 2B (R47-P052)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	125V 直流主母線盤 2B(受電パワ ーセンタ) (R42-P001B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	125V 充電器盤 2B (R42-P002B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	125V 直流主母線盤 2B(パワーセ ンタ) (R42-P003B)	0.000	0.00
C-B1F-5	DB	-	125V 直流主母線盤 2B(モータコ ントロールセンタ) (R42-P004B)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（5/8）

溢水防護区画	DB/SA	常設/可搬	防護すべき設備	機能喪失高さ (m) *1	溢水防護上の配慮が必要な高さ (m)
C-B1F-5	DB	-	125V 直流分電盤 2B-1 (R42-P054)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	460V 制御建屋 モータコントロールセンタ 2D-1 (R24-P303)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	460V 制御建屋 モータコントロールセンタ 2D-2 (R24-P304)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B(受電パワーセンタ) (R42-P001B)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 充電器盤 2B (R42-P002B)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B(パワーセンタ) (R42-P003B)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 直流主母線盤 2B(モータコントロールセンタ) (R42-P004B)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	125V 直流分電盤 2B-1 (R42-P054)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2B (R47-P052)	0.000	0.00
C-B1F-5	SA	常設	中央制御室 120V 交流分電盤 2B-1 (R47-P052-1)	0.000	0.00
C-B1F-6-1	DB	-	中央制御室外原子炉停止装置盤 (H21)	0.000	0.00
C-B1F-7	SA	常設	125V 代替充電器盤 (R71-P021)	0.000	0.00
C-B1F-8	DB	-	計測制御電源(B)室給気温度 (V32-TE002)	0.815	0.81
C-B2F-1	DB	-	中央制御室給気ケーシング(A)	0.000	0.00
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源(A)室給気ケーシング	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（6/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B2F-1	DB	-	中央制御室送風機(A) (V30-C001A)	0.075	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室排風機(A) (V30-C002A)	0.110	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室再循環送風機(A) (V30-C003A)	0.125	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室再循環フィルタ装置 (V30-D201)	0.700	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室少量外気取入ダンパ (A) (V30-D301A)	1.425	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室少量外気取入ダンパ (B) (V30-D301B)	1.425	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室再循環フィルタ装置入 口ダンパ(A) (V30-D302A)	2.982	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室再循環フィルタ装置入 口ダンパ(B) (V30-D302B)	2.982	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室外気取入ダンパ(前) (V30-D303)	1.125	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室外気取入ダンパ(後) (V30-D304)	1.110	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室排風機(A) 出口ダンパ (V30-D305A)	3.882	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室還気温度(A) (V30-TE002A)	2.865	0.00
C-B2F-1	DB	-	中央制御室還気温度(B) (V30-TE002B)	2.865	0.00
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源(A) 室送風機(A) (V31-C001A)	0.105	0.00
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源(A) 室送風機(B) (V31-C001B)	0.085	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（7/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源 (A) 室排風機 (A) (V31-C002A)	0.090	0.00
C-B2F-1	DB	-	計測制御電源 (A) 室排風機 (B) (V31-C002B)	0.090	0.00
C-B2F-1	SA	常設	中央制御室送風機 (A) (V30-C001A)	0.075	0.00
C-B2F-1	SA	常設	中央制御室排風機 (A) (V30-C002A)	0.110	0.00
C-B2F-1	SA	常設	中央制御室再循環送風機 (A) (V30-C003A)	0.125	0.00
C-B2F-1	SA	常設	中央制御室再循環フィルタ装置 (V30-D201)	0.700	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室給気ケーシング (B)	0.000	0.00
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源 (B) 室給気ケーシ ング	0.000	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室送風機 (B) (V30-C001B)	0.115	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室排風機 (B) (V30-C002B)	0.105	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室再循環送風機 (B) (V30-C003B)	0.100	0.00
C-B2F-2	DB	-	中央制御室排風機 (B) 出口ダンパ (V30-D305B)	3.703	0.00
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源 (B) 室送風機 (A) (V32-C001A)	0.100	0.00
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源 (B) 室送風機 (B) (V32-C001B)	0.100	0.00
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源 (B) 室排風機 (A) (V32-C002A)	0.085	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-2 溢水防護区画毎の整理結果（制御建屋）（8/8）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
C-B2F-2	DB	-	計測制御電源(B)室排風機(B) (V32-C002B)	0.095	0.00
C-B2F-2	SA	常設	中央制御室送風機(B) (V30-C001B)	0.115	0.00
C-B2F-2	SA	常設	中央制御室排風機(B) (V30-C002B)	0.105	0.00
C-B2F-2	SA	常設	中央制御室再循環送風機(B) (V30-C003B)	0.100	0.00
C-B2F-3	SA	常設	250V 蓄電池	0.000	0.00
C-B2F-4	SA	常設	250V 直流主母線盤(パワーセン タ)(R42-P042)	0.000	0.00
C-B2F-4	SA	常設	250V 充電器盤 (R42-P043)	0.000	0.00
C-B2F-4	SA	常設	250V 直流主母線盤(モータコント ロールセンタ)(R42-P044)	0.000	0.00
C-B2F-5	DB	-	125V 蓄電池 2A	0.000	0.00
C-B2F-5	SA	常設	125V 蓄電池 2A	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-3 溢水防護区画毎の整理結果（海水ポンプ室）（1/2）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
SW-1F-2	DB	-	原子炉補機冷却海水ポンプ (A) (P45-C001A)	0.275	0.27
SW-1F-2	DB	-	原子炉補機冷却海水ポンプ (C) (P45-C001C)	0.290	0.27
SW-1F-2	DB	-	RSW ポンプ (A) 吐出弁 (P45-F002A)	1.025	0.27
SW-1F-2	DB	-	RSW ポンプ (C) 吐出弁 (P45-F002C)	1.045	0.27
SW-1F-2	DB	-	RSW ポンプ吐出連絡管 (A) 止め弁 (P45-F006A)	1.045	0.27
SW-1F-2	SA	常設	原子炉補機冷却海水ポンプ (A) (P45-C001A)	0.275	0.27
SW-1F-2	SA	常設	原子炉補機冷却海水ポンプ (C) (P45-C001C)	0.290	0.27
SW-1F-4	DB	-	高圧炉心スプレイ補機冷却海水ポ ンプ (P48-C001)	0.065	0.06
SW-1F-4	DB	-	HPSW ポンプ吐出弁 (P48-F002)	0.385	0.06
SW-1F-4	SA	常設	高圧炉心スプレイ補機冷却海水ポ ンプ (P48-C001)	0.065	0.06
SW-1F-5	DB	-	原子炉補機冷却海水ポンプ (B) (P45-C001B)	0.275	0.27
SW-1F-5	DB	-	原子炉補機冷却海水ポンプ (D) (P45-C001D)	0.285	0.27
SW-1F-5	DB	-	RSW ポンプ (B) 吐出弁 (P45-F002B)	1.045	0.27
SW-1F-5	DB	-	RSW ポンプ (D) 吐出弁 (P45-F002D)	1.045	0.27
SW-1F-5	DB	-	RSW ポンプ吐出連絡管 (B) 止め弁 (P45-F006B)	1.045	0.27

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-3 溢水防護区画毎の整理結果（海水ポンプ室）（2/2）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
SW-1F-5	SA	常設	原子炉補機冷却海水ポンプ (B) (P45-C001B)	0.275	0.27
SW-1F-5	SA	常設	原子炉補機冷却海水ポンプ (D) (P45-C001D)	0.285	0.27

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-4 溢水防護区画毎の整理結果（復水貯蔵タンクエリア）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
CST-1	DB	-	復水貯蔵タンク水位レベルスイッチ (E22-LS011A)	1.515	1.51
CST-1	DB	-	復水貯蔵タンク水位レベルスイッチ (E22-LS011B)	1.515	1.51
CST-2	SA	常設	復水貯蔵タンク水位 (P13-LT005)	0.655	0.65

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-5 溢水防護区画毎の整理結果（軽油タンクエリア）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
LOT-1	DB	-	燃料移送ポンプ (A) (R43-C200A)	0.440	0.44
LOT-1	SA	常設	燃料移送ポンプ (A) (R43-C200A)	0.440	0.44
LOT-2	DB	-	燃料移送ポンプ (B) (R43-C200B)	0.440	0.44
LOT-2	SA	常設	燃料移送ポンプ (B) (R43-C200B)	0.440	0.44
LOT-3	DB	-	燃料移送ポンプ (R44-C200)	0.445	0.44
LOT-3	SA	常設	燃料移送ポンプ (R44-C200)	0.445	0.44

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-6 溢水防護区画毎の整理結果（タービン建屋）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
T-1F-1	DB	-	気体廃棄物処理設備エリア排気放 射線モニタ(C) (D11-RE012C)	3.000	3.00
T-1F-1	DB	-	気体廃棄物処理設備エリア排気放 射線モニタ(D) (D11-RE012D)	3.000	3.00
T-B1F-1	DB	-	気体廃棄物処理設備エリア排気放 射線モニタ(A) (D11-RE012A)	3.000	3.00
T-B1F-1	DB	-	気体廃棄物処理設備エリア排気放 射線モニタ(B) (D11-RE012B)	3.000	3.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-7 溢水防護区画毎の整理結果（緊急用電気品建屋）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
E-1F-1	SA	常設	ガスタービン発電機 発電機車 A号機(R45-C002A)	0.000	0.00
E-1F-1	SA	常設	ガスタービン発電機 制御車 A 号機(R45-C003A)	0.000	0.00
E-1F-1	SA	常設	ガスタービン発電機 発電機車 B号機(R45-C002B)	0.000	0.00
E-1F-1	SA	常設	ガスタービン発電機 制御車 B 号機(R45-C003B)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2F-1(R22-P701-1)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-2F-2(R22-P701-2)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	MCC 動力変圧器 6-2PF-1 (R23-P701-1)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	MCC 動力変圧器 6-2PF-2 (R23-P701-2)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	460V 緊急用電気品建屋 モータコ ントロールセンタ 2F-1 (R24-P701-1)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	460V 緊急用電気品建屋 モータコ ントロールセンタ 2F-2 (R24-P701-2)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	ガスタービン発電機(A)接続盤 (R45-P101A)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	ガスタービン発電機(B)接続盤 (R45-P101B)	0.000	0.00
E-B1F-3	SA	常設	ガスタービン発電設備燃料移送ポ ンプ接続盤(R45-P111)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-8 溢水防護区画毎の整理結果（緊急時対策建屋）（1/3）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
K-2F-2	SA	可搬	可搬型モニタリングポスト	0.000	0.00
K-1F-3	SA	常設	緊急時対策所非常用送風機(A) (V83-C003A)	0.170	0.17
K-1F-3	SA	常設	緊急時対策所非常用送風機(B) (V83-C003B)	0.170	0.17
K-1F-3	SA	常設	緊急時対策所非常用フィルタ装置 (A) (V83-D002A)	0.170	0.17
K-1F-3	SA	常設	緊急時対策所非常用フィルタ装置 (B) (V83-D002B)	0.170	0.17
K-1F-9	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-J-1 (R22-P801)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	動力変圧器 6-PJ-1 (R23-P801)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	460V 緊急時対策所モータコント ロールセンタ J-1 (R24-P801)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	緊急時対策所 210V 交流分電盤 J- 1 (R52-P811)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	緊急時対策所 120V 交流分電盤 J- 1 (R47-P801)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	緊急時対策所 105V 交流電源切替 盤 (R47-P811)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	緊急時対策所 105V 交流分電盤 J- 3 (R47-P812)	0.000	0.00
K-1F-9	SA	常設	125V 直流主母線盤 J-1 (R42-P803)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	6.9kV メタルクラッドスイッチギ ア 6-J-2 (R22-P802)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	動力変圧器 6-PJ-2 (R23-P802)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-8 溢水防護区画毎の整理結果（緊急時対策建屋）（2/3）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
K-1F-10	SA	常設	460V 緊急時対策所モータコント ロールセンタ J-2 (R24-P802)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	460V 緊急時対策所モータコント ロールセンタ J-3 (R24-P811)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	緊急時対策所 210V 交流分電盤 J- 2 (R52-P812)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	緊急時対策所 120V 交流分電盤 J- 2 (R47-P802)	0.000	0.00
K-1F-10	SA	常設	125V 直流主母線盤 J-2 (R42-P806)	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	可搬型ダスト・よう素サンプレ	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	α線サーベイメータ	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	β線サーベイメータ	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	γ線サーベイメータ	0.000	0.00
K-B1F-8	SA	可搬	電離箱サーベイメータ	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	無線連絡設備(固定型)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	衛星電話設備(固定型)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	統合原子力防災ネットワークを用 いた通信連絡設備(IP電話)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	統合原子力防災ネットワークを用 いた通信連絡設備(IP-FAX)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	統合原子力防災ネットワークを用 いた通信連絡設備(テレビ会議シ ステム)	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-8 溢水防護区画毎の整理結果（緊急時対策建屋）（3/3）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	溢水防護上の 配慮が必要な 高さ (m)
K-B2F-10	SA	常設	安全パラメータ表示システム (SPDS) (SPDS 表示装置)	0.790	0.00
K-B2F-10	SA	可搬	緊急時対策所可搬型エリアモニタ	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	常設	差圧計(緊急時対策所用) (V85-dPT006)	1.470	0.00
K-B2F-10	SA	可搬	酸素濃度計(緊急時対策所用)	0.000	0.00
K-B2F-10	SA	可搬	二酸化炭素濃度計(緊急時対策所用)	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	可搬	無線連絡設備(携帯型)	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	可搬	衛星電話設備(携帯型)	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	常設	統合原子力防災ネットワークを用 いた通信連絡設備	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	常設	データ伝送設備	0.320	0.00
K-B2F-11	SA	常設	安全パラメータ表示システム (SPDS) (SPDS 伝送装置)	0.320	0.00
K-B2F-11	SA	常設	可搬型モニタリングポストデータ 処理装置	0.000	0.00
K-B2F-11	SA	常設	代替気象観測設備データ処理装置	0.350	0.00
K-B2F-11	SA	可搬	緊急時対策所可搬型エリアモニタ	0.000	0.00

注記*1：水上高さを考慮

表 9.1-9 溢水防護区画毎の整理結果（屋外）（1/1）

溢水防護 区画	DB/ SA	常設/ 可搬	防護すべき設備	機能喪失 高さ (m) *1	備考
屋外	SA	可搬	大容量送水ポンプ(タイプⅠ)	0.270	
屋外	SA	可搬	ホース延長回収車	0.250	
屋外	SA	可搬	原子炉補機代替冷却水系熱交換器 ユニット	0.240	
屋外	SA	可搬	可搬型モニタリングポスト	0.000	
屋外	SA	可搬	代替気象観測設備	0.000	
屋外	SA	可搬	小型船舶	0.200	
屋外	SA	可搬	可搬型窒素ガス供給装置	0.200	
屋外	SA	可搬	大容量送水ポンプ(タイプⅡ)	0.270	
屋外	SA	常設	ガスタービン発電設備燃料移送ポンプ(A) (R45-C001A)	0.500	
屋外	SA	常設	ガスタービン発電設備燃料移送ポンプ(B) (R45-C001B)	0.500	
屋外	SA	可搬	電源車	0.220	
K-1F-4	SA	可搬	電源車（緊急時対策所用）	0.220	
屋外	SA	可搬	タンクローリ	0.270	
屋外	SA	可搬	ブルドーザ	0.450	
屋外	SA	可搬	バックホウ	1.060	

注記*1：水上高さを考慮

9.2 ケーブルの被水影響評価について

1. はじめに

本資料は、防護対象設備に用いているケーブルについて被水したとしても、その機能に影響を受けないと判断したことに対する妥当性を説明するものである。

2. ケーブルの被水影響

図 9.2-1 にケーブルの断面図を示す。ケーブルは充電部となる導体の周りが絶縁体で覆われ、さらに外皮が耐水性・絶縁性の高いシースで覆われていることから、被水による機能影響は受けない。ここで、ケーブルが被水により機能影響を受けるケースとしては、絶縁体の割れ等によりケーブルの絶縁性能が低下している状態で被水する場合が考えられる。以下に、ケーブルの形式試験からその被水影響について評価した結果を示す。

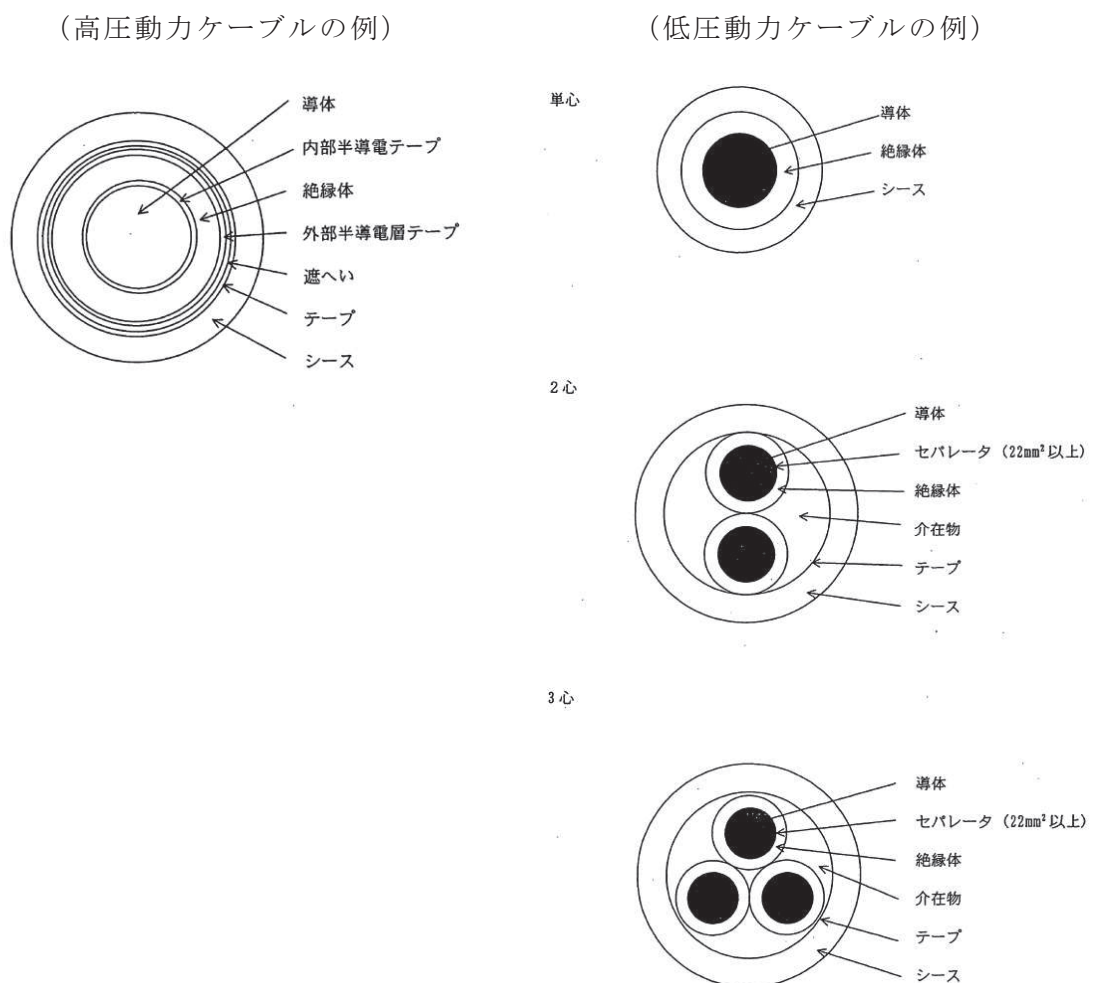


図 9.2-1 ケーブル断面図

3. 建設時の試験（原子炉格納容器内ケーブル）

(1) 劣化模擬試験

運転期間（40年）相当の劣化及び原子炉冷却材喪失事故時の劣化を模擬する。詳細条件を図9.2-2に示す。

試験条件：熱老化（121℃，7日）

放射線照射（ 7.6×10^5 Gy）

原子炉冷却材喪失事故模擬（171℃，427kPa，9時間）

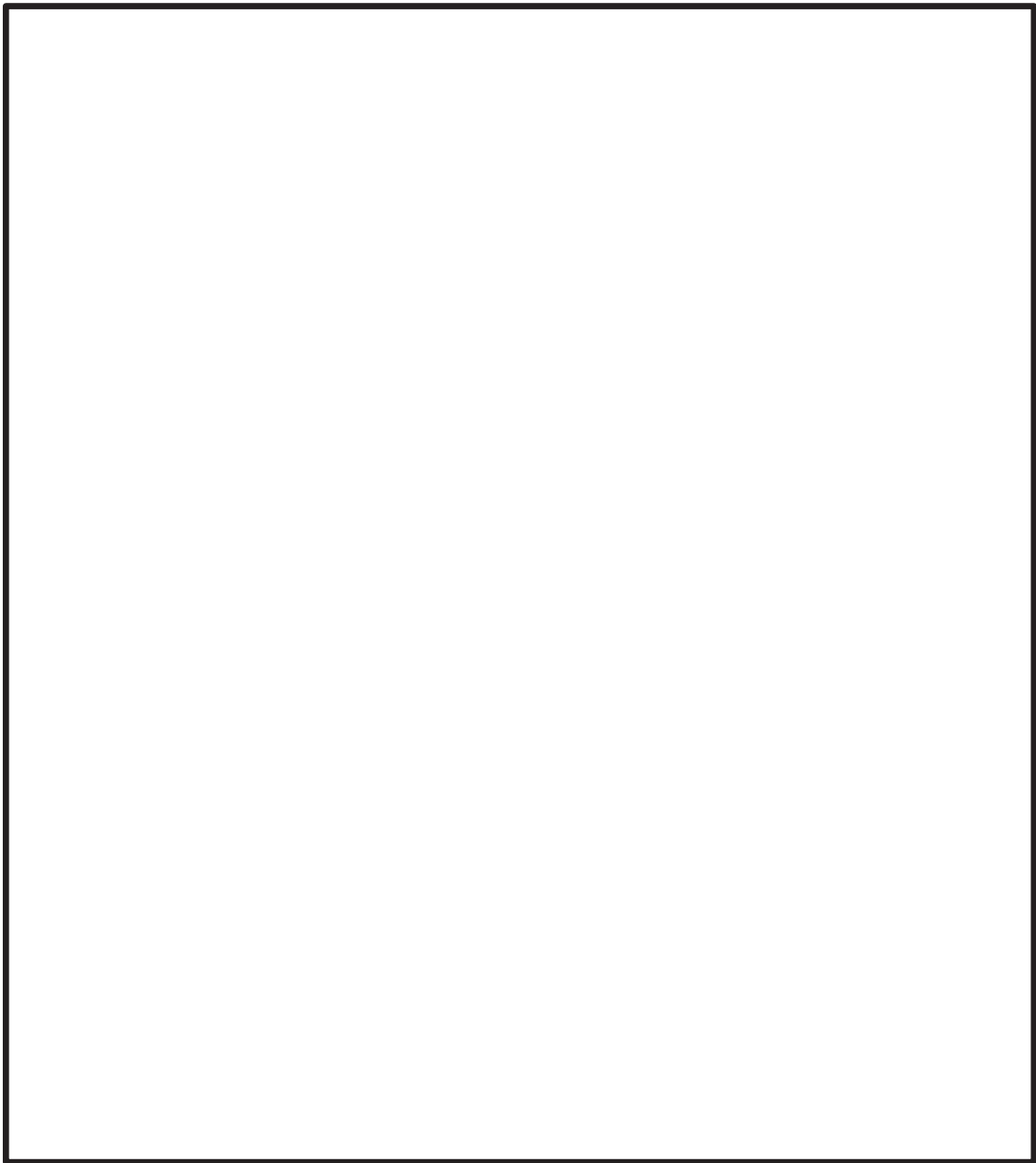


図 9.2-2 原子炉格納容器内原子炉冷却材喪失事故条件

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

(2) 40倍マンドレル耐電圧試験

原子炉冷却材喪失事故模擬試験を実施したケーブルに対して、下記の条件で試験を実施する。

試験条件：試験後の試料を、ケーブル外径の40倍の内径で金属製マンドレルに巻きつけ、室温の水に浸漬させた状態で電圧（例として高圧動力ケーブルの場合 AC 12.6kV/mm）を5分間印加。試験装置の例は図 9.2-3 を参照。

判定基準：絶縁破壊を生じないこと。

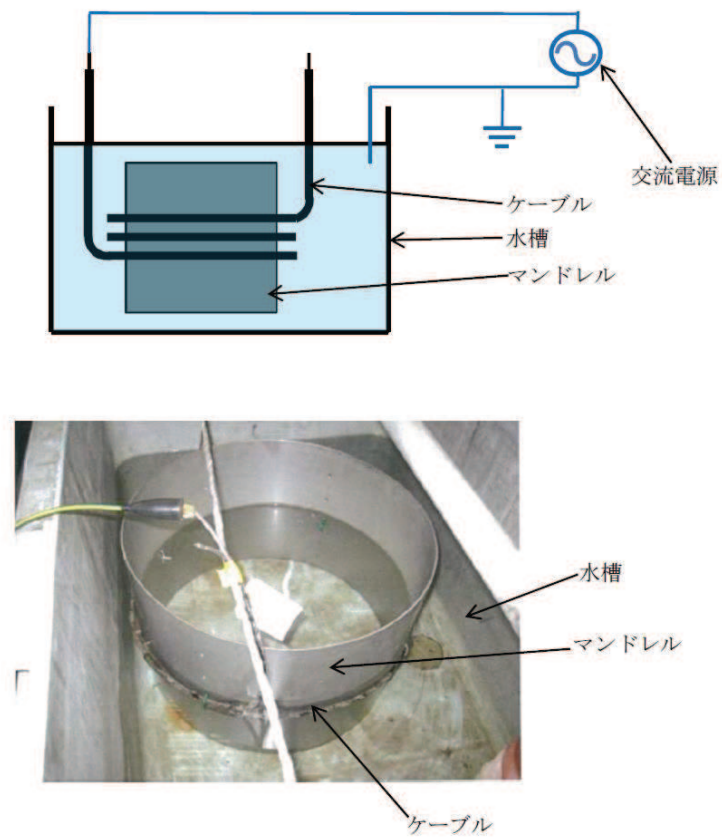


図 9.2-3 マンドレル耐電圧試験装置例

4. ケーブル導入後の定期点検について

前述のとおり，ケーブルはプラント内で想定される経年劣化により，被水による機能影響を受けるような絶縁性能の低下が起こらないことを導入時に確認しているが，導入後も定期点検により異常が生じていないことを確認している。

具体的に，電力用ケーブルは定期的な絶縁抵抗測定により，絶縁抵抗に有意な変動が無いことを確認している。

また，制御・計装用ケーブルについては，定期検査時の点検・検査，運転中の定例試験時等において，系統機器の動作又は計器の指示値等を確認することで，ケーブルの異常が無いことを確認している。

5. まとめ

以上から，運転期間相当（40年）を模擬した劣化に加え，原子炉冷却材喪失事故時を模擬した劣化を与えたケーブルに対しマンドレル耐電圧試験を実施し，浸水時における機械的・電氣的裕度を確認していること，及び導入後においても定期点検により有意な劣化が無いことを確認していることから，ケーブルの被水影響はないと評価する。

9.3 没水評価における床勾配について

1. 概要

防護対象設備の設置してある床面は通常傾斜があり、液体の漏えいを床ファンネルや側溝へ導くよう設計されている。この傾斜による基準床面からの高さを水上高さという。防護対象設備の機能喪失高さを設定する際はこの水上高さを考慮し、「設計値」と現場での実測等により確認した「計測値」を比較し、より低い値から最大水上高さを差し引いた値を評価上の機能喪失高さとして設定している。

図 9.3-1 に水上高さを考慮した機能喪失高さ設定の考え方を示す。

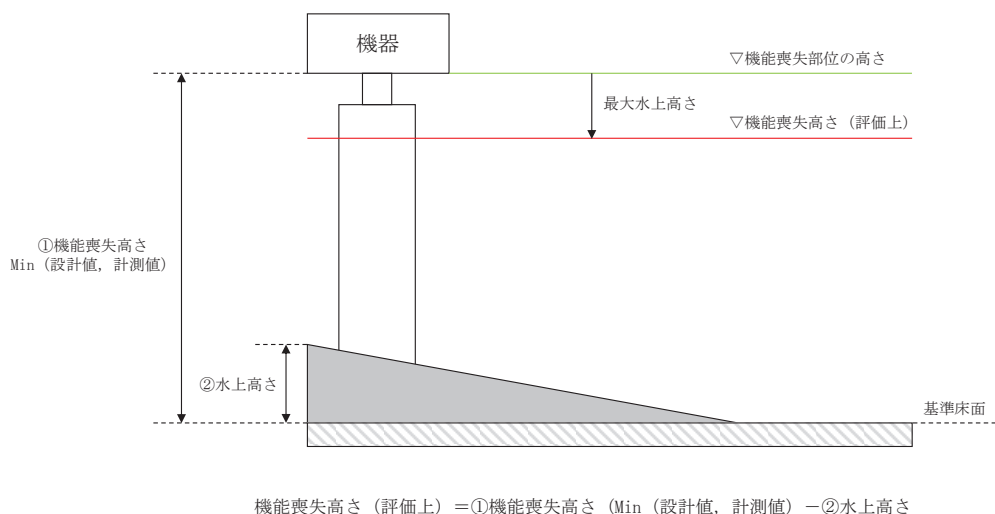


図 9.3-1 水上高さを考慮した機能喪失高さの設定

2. 滞留面積について

各区画の滞留面積は以下の条件に基づき算出している。没水評価を実施する際には、原則として算出した床面積の値に 0.7 倍した値を使用する。基準床面より盛り上がっている部分（機器基礎、床ハッチ、スロープ、サンク周りのカーブ、サポート類等）は 0.7 の係数に含まれるものとする。ただし、床面積に対して機器基礎の占有率が 30%以上となる区画は、占有率に応じた係数を使用する。機器基礎の占有率に応じた係数使用区画について表 9.3-1 に示す。

また、最終的な滞留先となる最地下階の共通エリアや、復水器室等の機器の占有率が大きいエリアについては、詳細に算出した面積を使用する。対象とする区画は表 9.3-2 に示す。

[算出範囲]

- (1) 壁、柱等で囲まれた範囲を単位区画として算出する。(図 9.3-2 参照)
- (2) アクセス開口及び迷路等は床面積から除く。(図 9.3-2 参照)
- (3) サンク等、基準床面より掘り込んでいる部分については、有効な床面積として算出する。(図 9.3-3 参照)

表 9.3-1 機器基礎の占有率に応じた係数使用区画

No.	区画番号	建屋	フロア	床面積 [㎡]	機器基礎 面積 [㎡]	機器基礎 の占有率 [%]	使用 する 係数	エリア名称
1	R-B1F-12	R/B	B1F	102.6	33.5	33.0	0.65	区分Ⅱ非常用MCC室
2	R-1F-15	R/B	1F	200.9	65.2	33.0	0.65	D/G (HPCS) 室
3	R-2F-2-2	R/B	2F	50.4	15.7	32.0	0.65	FCS再結合装置(A)室
4	R-2F-2-3	R/B	2F	50.4	15.7	32.0	0.65	FCS再結合装置(B)室
5	R-2F-2-5	R/B	2F	14.5	5.3	37.0	0.6	CAMSラック(A)室
6	R-2F-2-6	R/B	2F	14.5	5.3	37.0	0.6	CAMSラック(B)室
7	R-2F-13-1	R/B	2F	33.1	11.6	36.0	0.6	D/G(A)非常用送風機室
8	R-2F-17	R/B	2F	27.4	10.2	38.0	0.6	燃料デイトンク(A)室
9	R-2F-18	R/B	2F	32.1	10.2	32.0	0.65	燃料デイトンク(B)室
10	R-2F-19	R/B	2F	27.7	9.1	33.0	0.65	燃料デイトンク(HPCS)室
11	C-B2F-3	C/B	B2F	113.7	57.9	51.0	0.45	DC250Vバッテリー室
12	C-B1F-2	C/B	B1F	44.4	13.7	31.0	0.65	DC125Vバッテリー室(A)
13	C-B1F-4	C/B	B1F	70.3	28.0	40.0	0.55	DC125Vバッテリー室(B)
14	C-B1F-5	C/B	B1F	211.8	62.1	30.0	0.65	計測制御電源室(B)
15	C-B1F-6-1	C/B	B1F	32.5	10.1	32.0	0.65	RSS盤室

表 9.3-2 詳細に面積を算出した区画

No.	区画番号	床面積 [㎡]	機器基礎 面積 [㎡]	埋込金物 面積 [㎡]	合計 面積 [㎡]
1	R-B3F-1	156.7	0.4	1.0	155.3
2	R-B3F-12	70.8	0	0	70.8
3	復水器室*	1621.5	286.0	73.0	1262.5

注記*：復水器室はT-B2F-1の面積に含め、没水評価で使用している。

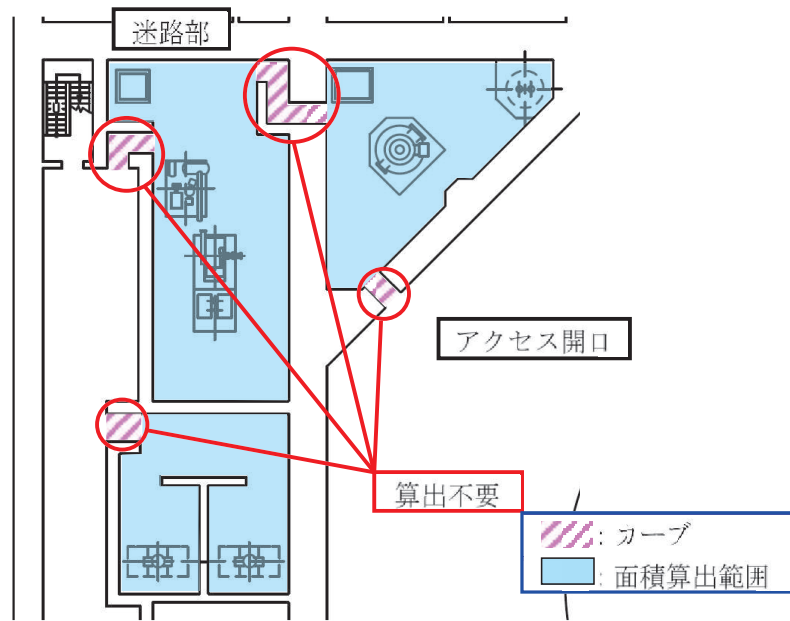


図 9.3-2 面積算出範囲

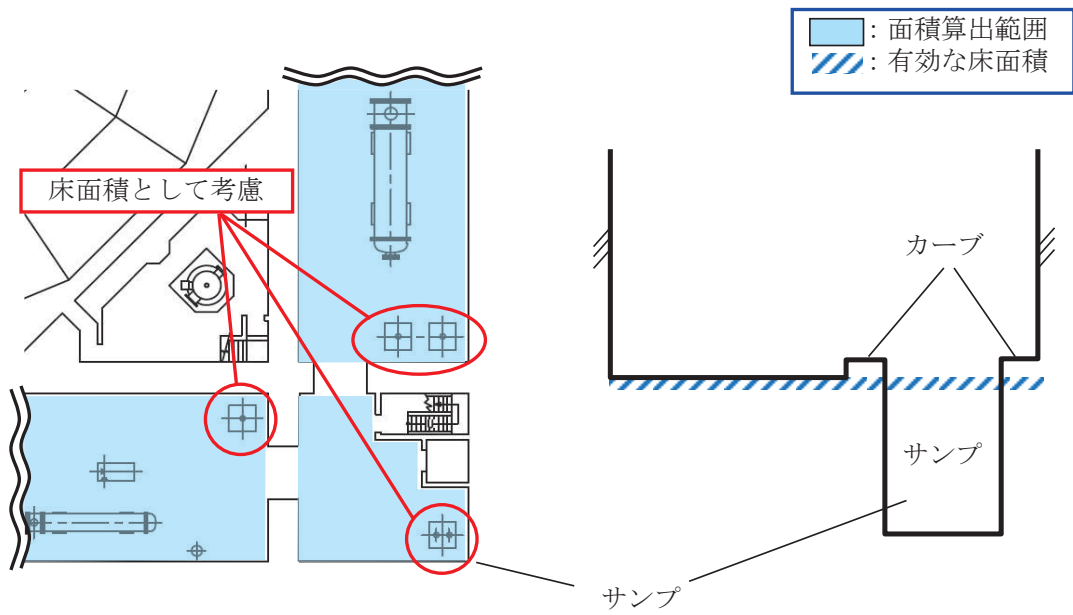


図 9.3-3 堀込部の扱い (例：最地下階サンプ)

9.5 蒸気防護カバーの性能試験について

1. 概要

タービン建屋で発生を想定する配管破断時の漏えい蒸気に対し、気体廃棄物処理設備エリア排気放射線モニタが使用可能温度 を超えることにより機能喪失する可能性があることから、蒸気防護カバーを設置し、環境温度条件を緩和する。本資料では、蒸気防護カバーの性能試験について説明する。蒸気防護カバーの概要図を図 9.5-1 に示す。

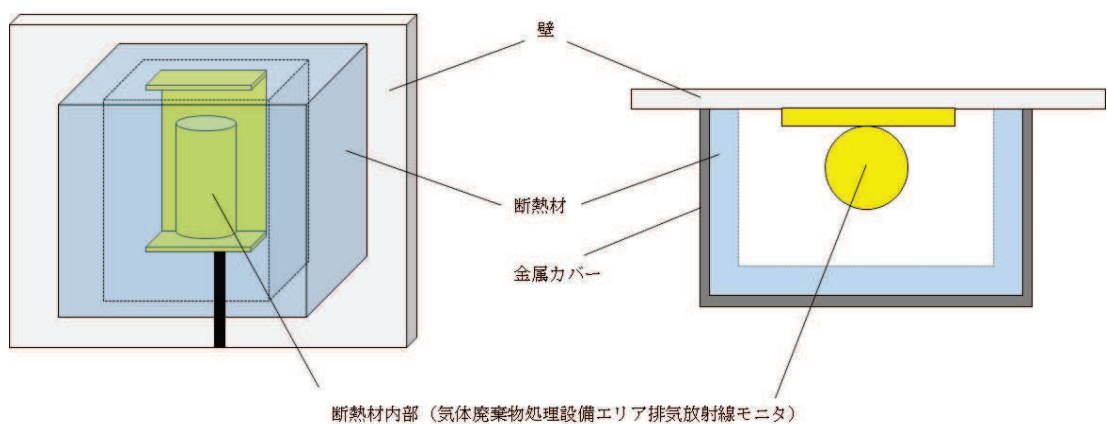


図 9.5-1 蒸気防護カバーの概要図

2. 蒸気防護カバーに対する性能試験方法及び結果

2.1 試験条件の考え方

蒸気防護カバーは、気体廃棄物処理設備エリア排気放射線モニタが設置されるタービン建屋内に蒸気が流出した際の環境温度の影響を緩和することを目的に設置するものである。建屋内に蒸気が流出した際に考えられる温度 にて加熱試験を実施し、蒸気漏えい時においても気体廃棄物処理設備エリア排気放射線モニタが機能維持可能であることを確認する。

2.2 試験条件

性能試験は、実機で使用する形状、寸法及び施工方法を模擬した蒸気防護カバーと検出器を用いた試験体にて実施する。試験体を試験炉内（乾燥炉）に設置して加熱し、断熱材外部及び断熱材内部の温度推移を測定し、試験炉内が、蒸気が建屋内（大気圧下）に流出する際に考えられる温度 [] 以上となった時点を [] 時間として、試験体を [] 時間 [] 以上の温度で加熱する。[] 時間経過後は試験炉の温度を [] に設定し、断熱材の内部温度がピークに達した後、[] 時間で試験終了とする。温度測定点は、試験炉内温度 5 点、試験体内部温度 4 点、検出器表面温度 1 点の温度計測を実施する。図 9.5-2 に試験条件を、図 9.5-3 に温度測定点の概要図を示す。また、試験炉外観図を図 9.5-4 に示す。



図 9.5-2 試験条件

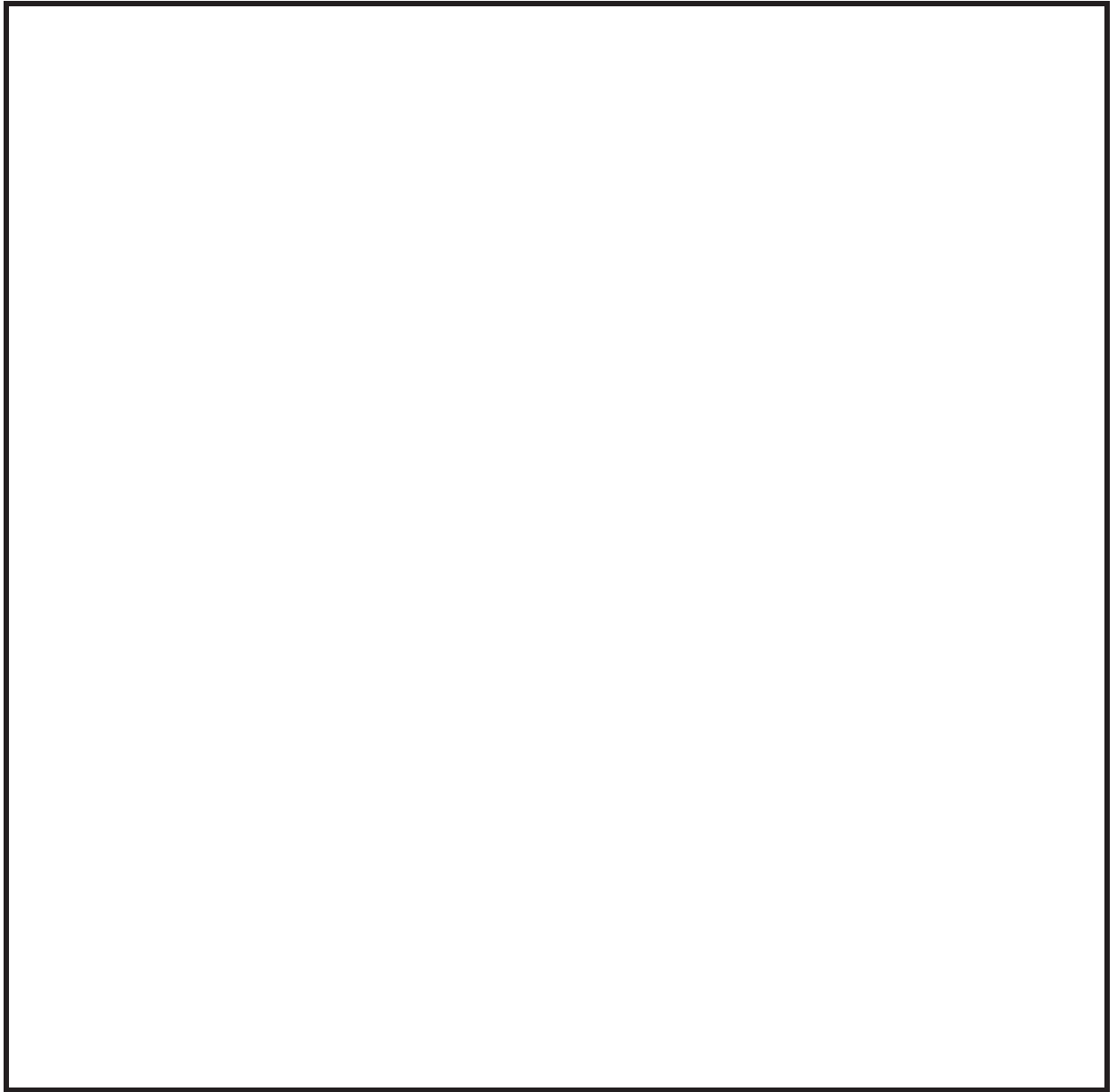


図 9.5-3 温度測定点の概要図

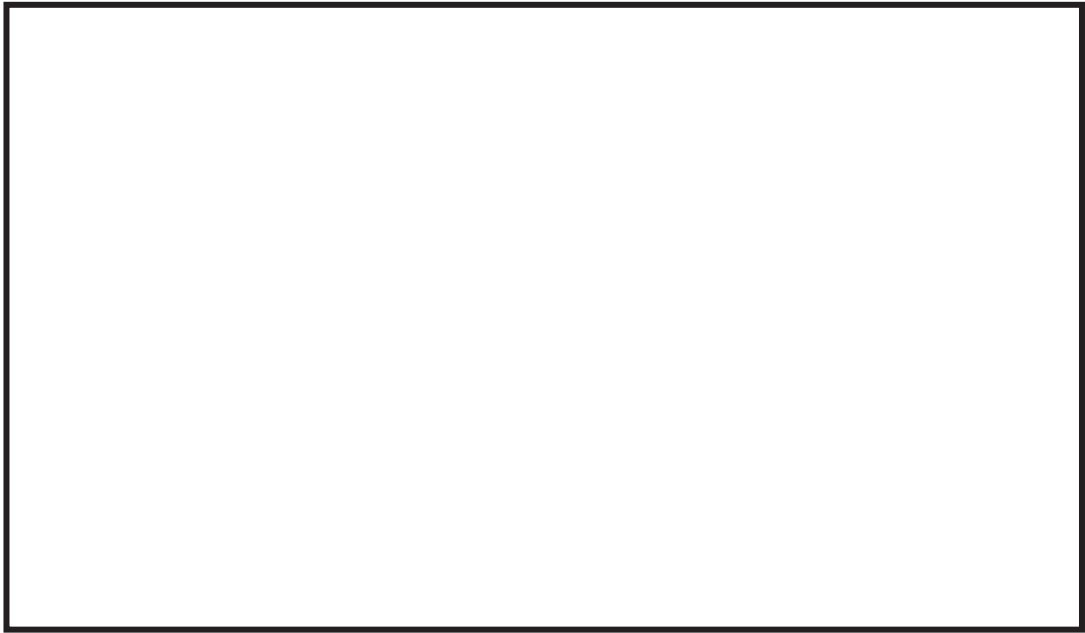


図 9.5-4 試験炉外観図

2.3 試験結果

試験炉内温度を図 9.5-5 に、試験体内部温度及び検出器表面温度を図 9.5-6 に示す。試験体内部温度及び検出器表面温度の内部温度ピークは気体廃棄物処理設備エリア排気放射線モニタの使用可能温度 以下となることから、蒸気防護カバーで囲われる気体廃棄物処理系設備エリア排気放射線モニタは環境温度により機能を損うおそれはない。

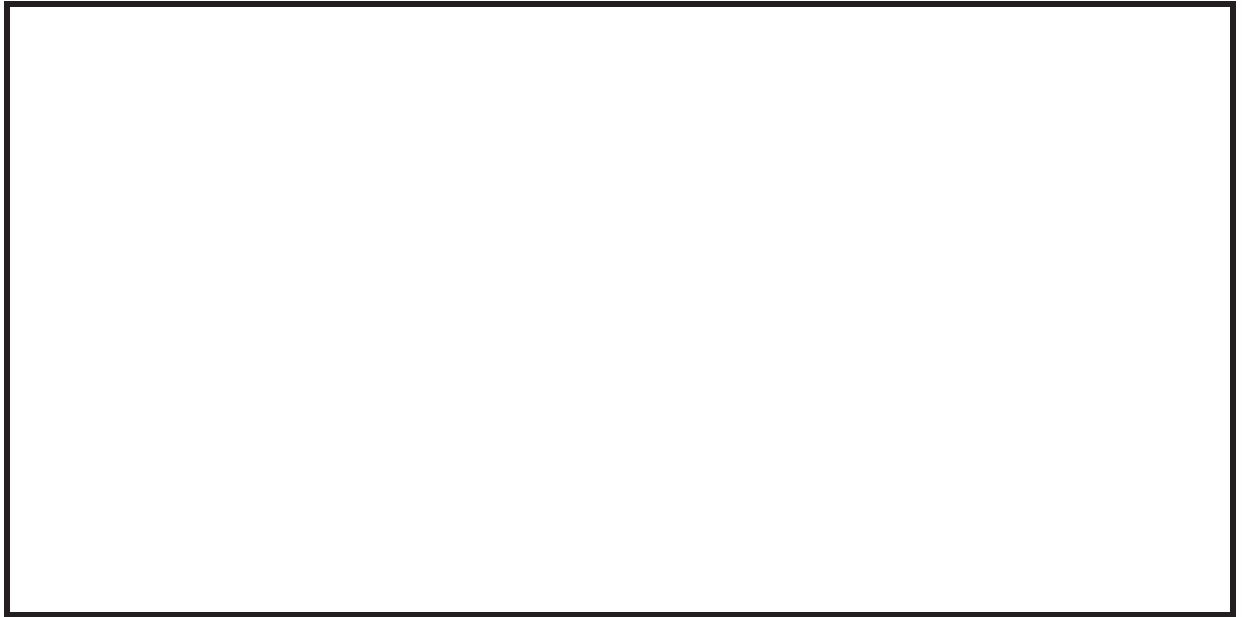


図 9.5-5 試験炉内温度



図 9.5-6 試験体内部温度及び検出器表面温度

9.7 床ドレンラインからの排水に期待する区画について

1. はじめに

内部溢水影響評価ガイドに基づき、一部の区画において、区画内に設置する床ドレンラインからの排水を期待し、溢水水位を算出している。

2. 床ドレンラインからの排水

床ドレンラインが設置されている区画のうち、目皿が2つ以上存在し、定量的に排水が期待できる場合は、流出量の最も大きい1箇所からの排水は期待できないことを仮定した上で、その他の箇所からの排水を考慮してもよいこととする。床ドレンラインからの排水を期待している区画を表 9.7-1 に示す。なお、床ドレンラインからの排水流量の算出にあたっては、「9.8 流下開口を考慮した没水高さについて」に記載する。

表 9.7-1 床ドレンラインからの排水を期待している区画

建屋	区画	溢水発生源
原子炉建屋	R-2F-7-1	消火水の放水による溢水
原子炉建屋	R-2F-6-1	消火水の放水による溢水
原子炉建屋	R-2F-6-2	消火水の放水による溢水

9.8 流下開口を考慮した没水高さについて

1. 概要

没水高さが高くなるようなエリアについて、扉開運用などにより流下開口を設置し、ある没水高さ以上とならないよう対策を実施している。ここでは、流下開口を設置しているエリアについて、流下開口からの流出流量が想定破損による系統流量を上回ることを確認する。

2. 流下開口（ハッチ、吹抜）からの排水

2.1 ハッチ、吹抜からの流出量

ハッチ、吹抜からの流出量について、「第四版土木工学ハンドブック I，土木学会編，技報出版」より，図 9.8-1 のような長方形積の流量算出式を参照し，以下の式を使用して算出する。ハッチ，吹抜からの排水イメージを図 9.8-2 に示す。

一部，開口周囲にカーブがない箇所もあるが，ここでは保守的にカーブ高さ，カーブ幅を仮定した場合の流出量を算出する。

また，ハッチについては，開口 4 辺のうち，2 辺から流出していくこととして算出する。表 9.8-1 にハッチ，吹抜の開口条件を示す。

$$Q = C \times B \times h^{\frac{3}{2}} \dots \dots \dots \text{①式}$$

ここで， $0.4 \leq h/L \leq (1.5 \sim 1.9)$ ； $C = 1.444 + 0.352 \left(\frac{h}{L} \right)$

Q：越流量 (m³/s)

B：堰の幅 (m)

h：越流水深 (m)

C：流量係数 (m^{1/2}/s)

L：堰長さ (m)

W：堰高さ (m)

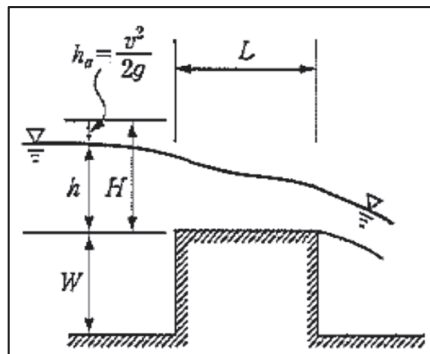


図 9.8-1 長方堰の越流量

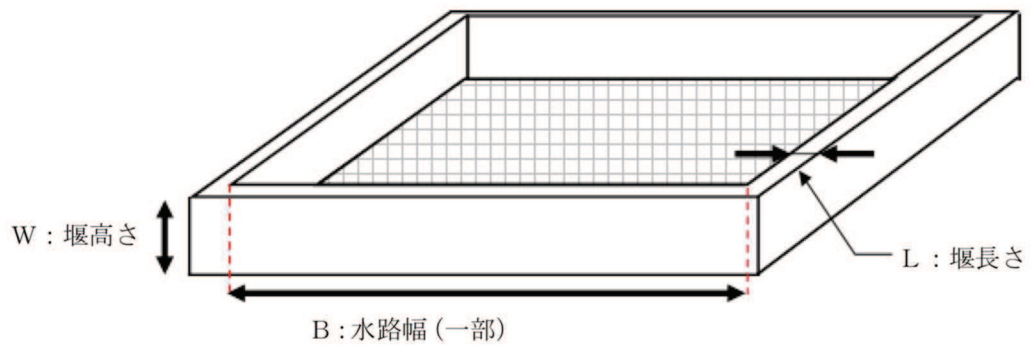


図 9.8-2 ハッチ, 吹抜からの排水イメージ

表 9.8-1 ハッチ、吹抜の開口条件

区画番号	開口数	開口幅 (m)	カーブ高さ (m)	カーブ幅 (m)
R-3F-1	1	6.5×5.5	0.13	0.25
R-2F-3	1	6.5×5.5	0.13	0.25
R-B2F-2	1	3.0×3.0	0.13	0.25
R-B2F-3	1	3.1×3.1	0.13	0.25
R-M2F-1	1	11.1×2.2×2.2	0.13	0.2
R-M2F-2	1	—*1	—*1	—*1
R-M2F-3	1	3.3×1.05×3.3	0.13	0.25
R-M2F-5	1	3.9	0.13	0.2
R-M2F-6	1	—*1	—*1	—*1
R-1F-8	1	6.5以上	0.13	0.25
R-1F-9	1	2.7	0.13	0.25
R-MB1F-1	1	3.1 (4.4) *2	0.13	0.2
R-MB1F-2	1	9.1以上	0.13	0.2
R-MB1F-3	1	2.5 (4.4) *2	0.13	0.2
R-MB1F-4	1	5.6	0.13	0.2
R-B2F-7	1	—*1	—*1	—*1
R-3F-2	1	2.7 (5.1) *2	0.13	0.2
R-3F-4	1	2.7 (3.0) *2	0.13	0.2
R-3F-5	1	6.1	0.13	0.2
R-M3F-3-1	1	3.85	0.13*3	0.30*3
R-2F-6-2	1	4.1×1.6×4.1	0.13	0.15
R-2F-7-1	1	4.7×1.5	0.13	0.15
R-2F-8-2	1	4.1×1.6×4.1	0.13	0.15
R-M2F-9	1	4.0以上	0.13	0.25
C-2F-3	1	3.9	0.13	0.25
C-MB1F-1	1	4.4×1.2	0.13	0.25
C-MB2F-1	1	6.5以上	0.13*3	0.30*3

注記*1：床なし区画

*2：開口が2辺のため、小さい方の値で評価

*3：保守的に設定

2.2 算出結果

前述の①式から、越流水深を0.17mと仮定（没水高さ0.3m）し、越流量を算出した。原子炉建屋原子炉棟，原子炉建屋付属棟及び制御建屋を含めた最大漏えい流量は263m³/h（高圧炉心スプレイ系）であり、越流量は十分に大きく没水高さは0.3mを超えないことを確認した。

算出結果を表9.8-2に示す。

表9.8-2 ハッチ，吹抜からの越流量算出結果

区画番号	種別	越流量 (m ³ /h)
R-3F-1	ハッチ	4672* ¹
R-2F-3	ハッチ	4672* ¹
R-B2F-2	ハッチ	2548* ¹
R-B2F-3	ハッチ	2633* ¹
R-M2F-1	吹抜	4882
R-M2F-3	吹抜	1401
R-M2F-5	吹抜	1715
R-1F-8	吹抜	2761
R-1F-9	吹抜	1146
R-MB1F-1	吹抜	1363
R-MB1F-2	吹抜	4002
R-MB1F-3	吹抜	1099
R-MB1F-4	吹抜	2463
R-3F-2	吹抜	1187
R-3F-4	吹抜	1187
R-3F-5	吹抜	2683
R-M3F-3-1	吹抜	1596
R-2F-6-2	吹抜	1906
R-2F-7-1	吹抜	1395* ¹
R-2F-8-2	吹抜	1906
R-M2F-9	吹抜	1699
C-2F-3	吹抜	1656
C-MB1F-1	吹抜	1019* ¹
C-MB2F-1	吹抜	2695

注記*1：開口4辺のうち，小さい2辺からの流出を想定

3. 床ドレンからの排水

3.1 床ドレンからの流出量

内部溢水影響評価において、床ドレンからの流出を考慮する場合については、以下の通りとする。床ドレンからの排水イメージを図 9.8-3 に示す。

(1) 評価条件

- ・同一区画に目皿が複数ある場合は、床ドレン一箇所の閉塞を考慮した上で、他の床ドレン配管からの単位時間あたりの流出を考慮する。
- ・床ドレンからの流出流量は、開口有効面積と当該区画の水位を用いて以下の式より算出する。

$$Q = A C \sqrt{2 g H} \dots\dots\dots \text{②式}$$

Q : 流量 (m³/s)

A : 開口の有効面積 (m²)

H : 当該区画の水位 (m)

C : 流出流量損失係数 (=0.82)

g : 重力加速度 (m/s²)

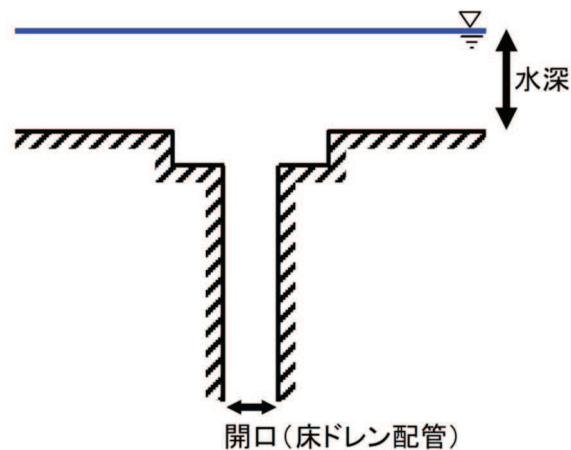


図 9.8-3 床ドレンからの排水イメージ

4. 流下開口（扉）からの排水

4.1 扉からの流出量

常時開の扉開口を想定し、カーブを乗り越えて溢水が伝播する際の越流水深と越流量との関係については、「2.1 ハッチ、吹抜からの流出量」における①式を用いる。扉からの排水イメージを図 9.8-4 に示す。

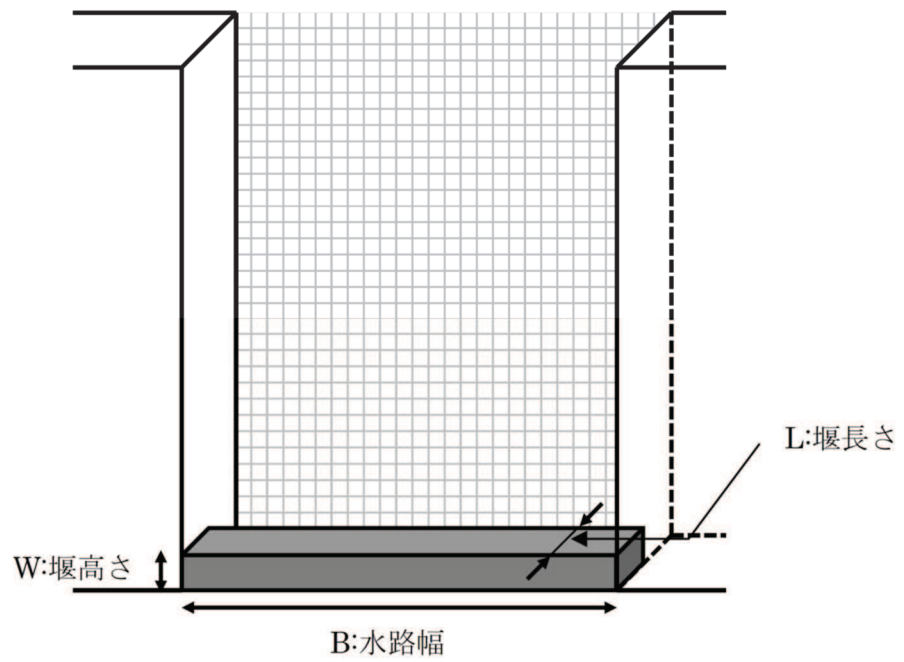


図 9.8-4 扉からの排水イメージ

4.2 算出結果

前述の式から越流量を算出した結果を表 9.8-3 に示す。没水高さ 0.3m の場合、扉（1 箇所）での越流水深は 0.17m となり、越流量は 331m³/h となる。原子炉建屋について、扉からの排出を期待する系統のうち、原子炉建屋原子炉棟における最大漏えい流量は 263m³/h（高压炉心スプレイ系）、原子炉建屋付属棟における最大漏えい量は 201m³/h（原子炉補機冷却水系）であり、扉からの流出量が上回っているため、没水高さ 0.3m 以上に達することはない。

表 9.8-3 扉の諸元と越流量算出結果（没水高さ 0.3m の場合）

項目	記号	値	備考
堰高さ【カーブ高さ】(m)	W	0.13	
堰長さ【カーブ奥行き】(m)	L	0.3	
越流水深(m)	h	0.17	
堰の幅【開口幅】(m)	B	0.8	躯体開口は 1m
越流量(m ³ /h)	Q	331	

5. 流下開口（床開口）からの排水

5.1 床開口からの流出量

建屋内の床面に開口を設置する対策について、開口部からの流出流量が想定破損時による系統流量を上回ることを確認する。図 9.8-5 に床開口からの排水イメージを示す。

(1) 評価条件

- ・床開口は満水流れとして評価を実施する。
- ・床開口は円形とし、 $\Phi 75\text{mm}$ と設定する。
- ・床開口からの流出流量は、以下の式より算出する。式のとおり、流量は落差が大きいほど大きくなるため、スラブ上の滞留深さは考慮せず、落差としてはスラブ厚さを考慮する。

$$Q=A\sqrt{\frac{2gH}{\lambda\frac{L}{d}+\sum\xi+1}} \dots\dots\dots \text{②式}$$

Q：流量 (m^3/s)

A：開口の有効面積 (m^2)

H：落差 (m)

d：内径 (m)

L：直管長 (m)

ξ ：損失係数

λ ：摩擦係数

g：重力加速度 (m/s^2)

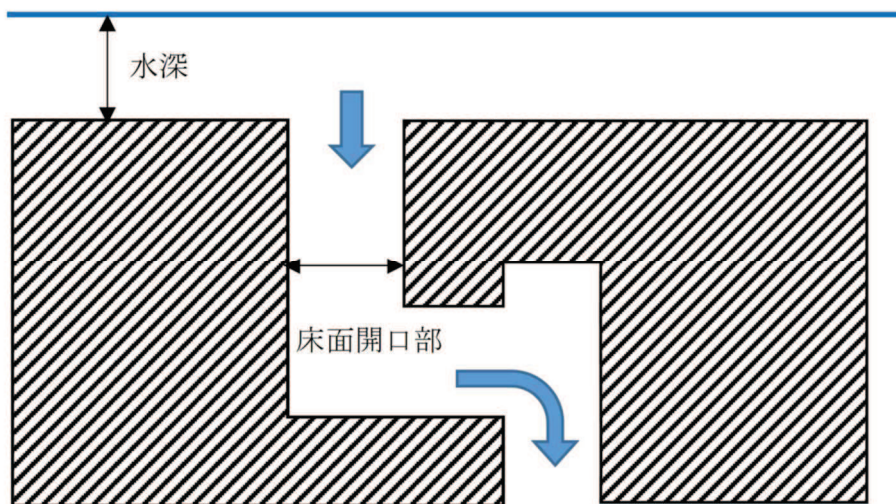


図 9.8-5 床開口からの排水イメージ

5.2 算出結果

床開口 1 箇所当たりの流出流量は 29.2m³/h となった。表 9.8-4 に床開口の諸元及び算出結果を示す。また、この条件をもとに、想定破損時の系統流量が排出可能な必要開口数を表 9.8-5 に示す。必要開口数を設置することにより、床面からの開口から系統流量が排出可能であることを確認した。

表 9.8-4 床開口の諸元と流出流量算出結果

項目	記号	値	備考
内径(m)	d	0.075	
摩擦係数	λ	0.06	最も粗度の高いコンクリート管(管壁の粗度 0.03)を想定
直管長(m)	L	0.3	スラブ厚さ
損失係数	ξ	0.5	管路入口における損失は、最も損失が大きい角端を想定
重力加速度(m/s ²)	g	9.80665	
落差(m)	H	0.3	スラブ上の滞留深さは考慮せず スラブ厚さのみを考慮
流量(m ³ /h)	Q	29.2	開口部 1 箇所からの流出流量

表 9.8-5 想定破損時の系統流量が排出可能な必要開口数

区画番号	区画内系統漏えい流量(m ³ /h)*	床開口数	床開口からの流出流量(m ³ /h)
C-3F-3	20.1(消火系)	1	29.2
C-3F-4	9.1(所内用水)	1	29.2
C-2F-3	155(HNCW)	6	175.5
C-1F-4			

注記*：区画内系統漏えい流量(m³/h)の値は、保守的に当該区画内を通過する配管口径ではなく、当該系統における最大口径を用いて評価した値

6. 今後の運用管理について

女川原子力発電所原子炉施設保安規定に基づく規定文書として制定する「内部洪水対応要領書（仮称）」に、以下の内容を明記することとする。

- (1) 内部洪水影響評価において、流下を考慮している開口部は、それが分かるように現場に表示を行うこと。
- (2) 内部洪水影響評価において、流下を考慮している開口部へ落下防止対策（ネットの設置、フェンスの設置等）を実施する場合は、カーブからの越流に影響を及ぼさないように配慮すること。

9.9 鉄筋コンクリート壁の水密性について

原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋，緊急時対策建屋，緊急用電気品建屋（以下「各建屋」という。），軽油タンクエリア，復水貯蔵タンクエリア，海水ポンプエリア（以下「各土木構造物」という。）において，基準地震動 S_s による耐震壁等*¹ のひび割れの影響について確認する。なお，基準地震動 S_s により建屋コンクリートに発生する可能性のあるひび割れのうち，曲げひび割れについては水平方向に発生するため地震後の残留ひび割れは自重により閉じる*² ことから，せん断ひび割れを対象とする。

本検討においては，地下水位低下設備に期待せずに地下水位が地表面にある状態として浸水量の評価を実施するが，各建屋のせん断ひずみを算定する質点系地震応答解析モデル（以下「SRモデル」という。）は，地下水位の影響は考慮されないモデルとなる。SRモデルを用いて応答値を算定することについては，「補足-610-10 別紙 1-1-1 SRモデルを適用することの妥当性について」および「補足-610-11 別紙 1-1-1 SRモデルを適用することの妥当性について」において，地下水位を地表面とした場合の有効応力解析を実施し，地下水位が地震応答解析結果に与える影響は小さいことを確認しているため，SRモデルによる応答値に基づき検討を実施する。

また，各土木構造物においては，地下水位低下設備に期待した状態により3次元構造解析を実施し，せん断ひずみを算定しているが，「補足-610-20 屋外重要土木構造物の耐震安全性評価について 資料3-参考資料4 地下水位の設定による影響」において，地下水位が構造解析結果に与える影響は小さいことを確認していることから，地下水位低下設備に期待した解析結果を用いて評価を行う。

注記 *1：天井に達する壁は，床及び天井と一体となった構造体であり，地震により生じるせん断変形は耐震壁と同様となるため，耐震壁同等にせん断変形による評価が可能とする。

*2：「耐震安全解析コード改良試験 原子炉建屋の弾塑性試験 試験結果の評価に関する報告書（平成6年3月 財団法人 原子力発電技術機構）」

9.9.1 各建屋耐震壁のせん断ひび割れの可能性

原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋については，地震応答解析における耐震壁の最大応答せん断ひずみとコンクリートにひび割れが発生するせん断ひずみの目安値 0.00025^* (0.25×10^{-3}) を比較することによりせん断ひび割れの発生可能性について確認する。なお，原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋の地震応答解析モデルは，乾燥収縮ひび割れとこれまでの地震経験による耐震壁の初期剛性低下を考慮したモデルを採用しており，地震応答解析の結果として算定される応答せん断ひずみは，乾燥収縮ひび割れの影響が含まれた結果となる。

また，緊急時対策建屋，緊急用電気品建屋については，地震応答解析における耐震壁のせん断変形 ($\tau - \gamma$ 関係) が，第1折点に納まる場合，水密性に影響のあるせん断ひび割れは生じないと判断する。

軽油タンクエリア，復水貯蔵タンクエリア，海水ポンプエリアについては，3次元構造解析における加振方向に平行な壁（隔壁，妻壁）のせん断変形 ($\tau - \gamma$ 関係) が，第1折点に納まる場合，水密性に影響のあるせん断ひび割れは生じないと判断する。

地震応答解析結果より，原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋については，最大応答せん断ひずみは表 9.9-1～表 9.9-3 に示すとおり，コンクリートにひび割れが発生するせん断ひずみの目安値 0.25×10^{-3} を超えている結果があることから，残留ひび割れを考慮した評価を実施する。また，緊急時対策建屋，緊急用電気品建屋のせん断変形 ($\tau - \gamma$ 関係) は表 9.9-4 および表 9.9-5 に示すとおり，緊急時対策建屋は，第1折点を超えている結果があることから，残留ひび割れを考慮した評価を実施する。緊急用電気品建屋については第1折点に納まることから水密性に影響のあるせん断ひび割れは生じない。

各土木構造物に対する3次元構造解析結果より軽油タンクエリア，復水貯蔵タンクエリア，海水ポンプエリアのせん断変形 ($\tau - \gamma$ 関係) は表 9.9-6～表 9.9-8 に示すとおり，第1折点に収まることから水密性に影響のあるせん断ひび割れは生じない。

注記* 日本建築学会 1999年 鉄筋コンクリート構造計算規準・同解説
- 許容応力度設計法 -

表 9.9-1 原子炉建屋 基準地震動 S_s による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 ⁻³)	
階	O.P. (m)	NS	EW
B1F	15.0 ~ 6.0	0.773	0.775
B2F	6.0 ~ -0.8	0.554	0.521
B3F	-0.8 ~ -8.1	0.883	0.721

表 9.9-2 制御建屋 基準地震動 S_s による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 ⁻³)	
階	O.P. (m)	NS	EW
B1F	15.00 ~ 8.00	1.059	1.260
B2F	8.00 ~ 1.5	0.996	0.777

表 9.9-3 タービン建屋 基準地震動 S_s による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 ⁻³)	
階	O.P. (m)	NS	EW
B1F	15.00 ~ 7.60	0.877	0.777
B2F	7.60 ~ 0.80	1.014	0.820

表 9.9-4 緊急時対策建屋 基準地震動 S_s による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 ⁻³)			
階	O.P. (m)	NS	EW	第1折点	
				NS	EW
B1F	62.2 ~ 57.3	0.257	0.256	0.185	0.184
B2F	57.3 ~ 51.5	0.271	0.271	0.190	0.189

表 9.9-5 緊急用電気品建屋 基準地震動 S_s による地震応答解析結果一覧

評価部位		最大応答せん断ひずみ (×10 ⁻³)			
階	O.P. (m)	NS	EW	第1折点	
				NS	EW
B1F	62.90 ~ 56.40	0.059	0.034	0.174	0.171

表 9.9-6 軽油タンクエリア 基準地震動 S_s による 3次元構造解析結果一覧

評価部位	最大応答せん断ひずみ ($\times 10^{-3}$)	
	発生面内せん断ひずみ	第 1 折点
側壁	0.079	0.144

表 9.9-7 復水貯蔵タンクエリア 基準地震動 S_s による 3次元構造解析結果一覧

評価部位	最大応答せん断ひずみ ($\times 10^{-3}$)	
	発生面内せん断ひずみ	第 1 折点
側壁	0.129	0.144

表 9.9-8 海水ポンプエリア 基準地震動 S_s による 3次元構造解析結果一覧

評価部位	最大応答せん断ひずみ ($\times 10^{-3}$)	
	発生面内せん断ひずみ	第 1 折点
妻壁	0.144	0.144

9.9.2 原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋，緊急時対策建屋の水密性の考慮について
原子炉建屋，制御建屋，タービン建屋，緊急時対策建屋地下部のコンクリート壁（以下「RC壁」という。）について，基準地震動 S_s における最大応答せん断ひずみに基づき残留ひび割れ幅を算定し，水密性（ひび割れからの漏えい）の観点からの評価基準値を超えないことを確認する。

9.9.3 検討方法

検討フローを図 9.9-1 に示す。

(1) 残留ひび割れに対する水密性の検討

（財）原子力工学試験センターでの原子炉建屋の耐震壁に関する試験結果をとりまとめた「鉄筋コンクリート造耐震壁のせん断ひびわれ性状に関する検討（昭和63年コンクリート工学年次論文報告集）」における残留ひび割れの検討に基づき，基準地震動 S_s における最大応答せん断ひずみから，試験結果のばらつきを踏まえた残留ひび割れ幅を検討する。この検討結果が，「原子力施設における建築物の維持管理指針・同解説（日本建築学会）」における水密性の観点から補修の検討が必要となるひび割れ幅の評価基準値（0.2 mm）を超えないことを確認する。

(2) 溢水影響評価への影響の検討

残留ひび割れに対する水密性の検討を踏まえ，溢水影響評価に及ぼす影響について確認する。

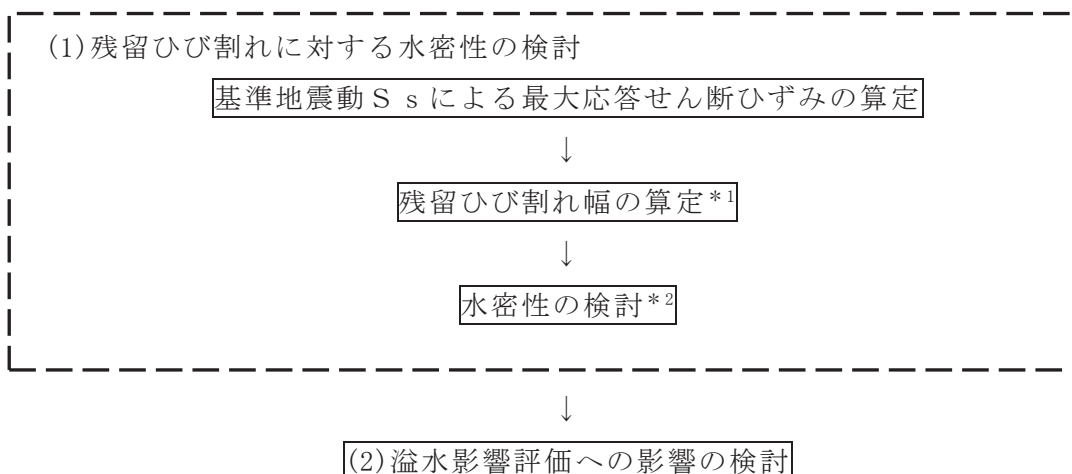


図 9.9-1 検討フロー

注記 *1：「鉄筋コンクリート造耐震壁のせん断ひびわれ性状に関する検討」（昭和63年コンクリート工学年次論文報告集）

*2：日本建築学会 2015年 原子力施設における建築物の維持管理指針・同解説

9.9.4 検討結果

(1) 残留ひび割れに対する水密性

残留ひび割れの算定結果を図 9.9-2 及び図 9.9-3 に示す。

(2) 残留ひび割れ幅の算定

地震応答解析によるせん断ひずみより「鉄筋コンクリート造耐震壁のせん断ひびわれ性状に関する検討（昭和 63 年コンクリート工学年次論文報告集）」に基づき、残留ひび割れ幅を算定し比較する。

a. 残留ひび割れ幅の算定

① 残留ひび割れ幅の総計

図 9.9-7 より、最大せん断ひずみ（X）に対応する（Y）の値をグラフから読み取る。

$$Y = 25 \sim 330 (\times 10^{-6})$$

ここで、Y：残留ひび割れ幅の総計

X：せん断ひずみ ($0.257 \sim 1.260 \times 10^{-3}$)

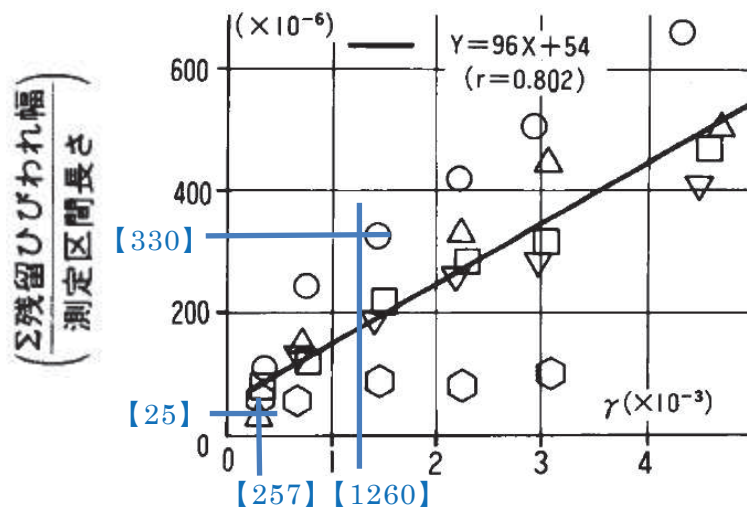


図 9.9-2 残留ひび割れ幅の総計／測定区間長さ

② 平均ひび割れ間隔の算定

$$A = B \times C = 200 \times 6.8 \sim 2.6 = 1360 \sim 520 \text{ (mm)}$$

ここで、A：平均ひび割れ間隔 (mm)

B：溢水区画の最大鉄筋間隔 (mm)

C：平均ひび割れ間隔／鉄筋間隔 (6.8～2.6)

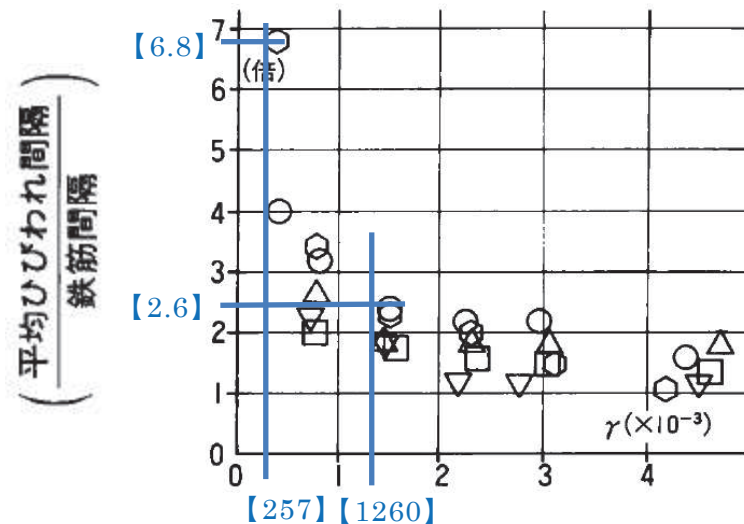


図 9.9-3 平均ひび割れ間隔／鉄筋間隔

③ 残留ひび割れ幅の算定

①及び②の結果から、ひび割れ 1 本当たりの残留ひび割れ幅を下式で算定する。

ひび割れ 1 本当たりの残留ひび割れ幅

= 残留ひび割れ幅の総計 / ひび割れ本数

= 残留ひび割れ幅の総計 / (測定区間長さ / 平均ひび割れ間隔)

= $Y \times A$

= $25 \sim 330 (\times 10^{-6}) \times 1360 \sim 520 \text{ (mm)}$

= $0.034 \sim 0.172 \text{ (mm)} \Rightarrow 0.03 \sim 0.17 \text{ (mm)}$

(3) 残留ひび割れからの溢水評価への影響確認

算定した残留ひび割れ幅は、「原子力施設における建築物の維持管理指針・同解説 (日本建築学会)」に示される、コンクリート構造物の水密性に影響を与える評価基準である「0.2 mm」未満のため、ひび割れからの浸水影響はない。

9.9.5 耐震壁等のひび割れからの漏水による溢水影響

算定した残留ひび割れ幅は，評価基準「0.2 mm」未満であり，外壁からの漏水は発生しないと考えられるが，万が一，漏水が発生したと仮定した場合の溢水影響について検討する。

(1) 漏水量の評価方法

地下外壁からの漏水量は「コンクリートのひび割れ調査，補修・補強指針-2013-付：ひび割れの調査と補修・補強事例(社団法人日本コンクリート工学協会)」における漏水量の算定式に基づき，応答せん断ひずみ，作用圧力(水圧)，壁厚，ひび割れ長さ等から算出する。また、溢水を想定するエリアの床面積を考慮した場合の水位上昇量を求める。

(漏水量評価式)

$$Q = C_w \cdot L \cdot w^3 \cdot \Delta P / (12 \nu \cdot t)$$

ここに，

Q : 漏水量 (mm³/s)

C_w : 低減係数

L : ひび割れ長さ (mm)

w : ひび割れ幅 (mm)

ν : 水の粘性係数 [20℃での値 1.002×10⁻⁹Ns/mm²とする]

ΔP : 作用圧力 (N/mm²)

t : 部材の厚さ (ひび割れ深さ) (mm)

(算定条件)

C_w : 壁厚さ 1 m の実験結果「沈埋トンネル側壁のひび割れからの漏水と自癒効果の確認実験」：コンクリート工学年次論文報告集 Vol.17 No.1 1995 に基づく値 0.01 を採用

L : ひび割れ長さは，地震時のせん断ひび割れを対象としていることから，各階の階高とスパン長さに応じて外壁面に対角上にひび割れが入ると想定し算出

w : 対象壁に生じると推定される残留ひび割れ幅の値

ΔP : 作用圧力は，地上レベル (O.P. 14.8m または O.P. 62.0m) から該当階の床レベルまでの水の比重を 1.0 とした静水頭圧の値

(床面水位上昇量)

$$\text{床面水位上昇量} = \text{漏水量} / \text{床面積}$$

(2) 漏水量の評価結果

漏水量については、地震応答解析によるせん断ひずみより「鉄筋コンクリート造耐震壁のせん断ひびわれ性状に関する検討（昭和 63 年コンクリート工学年次論文報告集）」に基づき算出した「9.9.4 検討結果」の評価結果から、各建屋各階の残留ひび割れ幅を求め、作用圧力(水圧)、壁厚、ひび割れ長さを考慮し算定する。各建屋における漏水量を表 9.9-9 に示す。

選定箇所は、各建屋階層において壁厚が薄く、スパンが長い箇所とする。また、緊急用電気品建屋、軽油タンクエリア、復水貯蔵タンクエリア、海水ポンプエリアの地下外壁については、応答せん断ひずみが、せん断変形（ $\tau-\gamma$ 関係）の第 1 折点に納まるため評価対象から除いている。

表 9.9-9 から、外壁 1 スパンの 1 時間あたりの漏水量の最大値は、タービン建屋地下 2 階の 67L/h である。また、外壁に面する溢水防護区画の床面積を考慮した床面水位の上昇量は、1 mm/h 程度であり、柄杓や拭き取り等による回収が十分可能なため、溢水影響はないと考えられる。また、ひび割れ幅が 0.2 mm 未満であれば、自癒効果*により漏水量は時間の経過に伴って減少することから、さらに漏水影響は軽減される。

注記* 水中の懸濁物質による目詰まりや、ひび割れ内部のコンクリートの水和反応による固形物質の析出等により時間の経過に伴って減少すること。

表 9.9-9 算定箇所 の 諸元 及び 漏水量 一覧

選定箇所	壁厚 (mm)	スパン 長さ (mm)	せん断 ひずみ ($\times 10^{-3}$)	ひび割 れ幅 (mm)	ひび割 れ長さ (mm)	作用圧 力 (N/mm^2)	漏水量 (L/h)	床面積 (m^2)	上昇量 (mm/h)
R/B 地下 1 階	1000	13000	0.775	0.17	31600	0.09	40	67	0.83
R/B 地下 2 階	1400	13000	0.554	0.12	29300	0.15	17	229	0.17
R/B 地下 3 階	1400	13000	0.883	0.17	29800	0.22	66	189	0.88
C/B 地下 1 階	600	8500	1.260	0.17	22000	0.07	37	39	0.92
C/B 地下 2 階	800	8500	0.996	0.18	21400	0.13	60	51	1.09
T/B 地下 1 階	1000	12500	0.877	0.17	29100	0.07	28	828	0.30
T/B 地下 2 階*	1000	12500	1.014	0.18	28500	0.14	67	411	0.61
緊急時 対策建屋 地下 1 階	1900	9000	0.257	0.15	20500	0.05	5	118	0.08
緊急時 対策建屋 地下 2 階	2200	9000	0.271	0.15	21400	0.10	10	221	0.10

注記* : 当該エリアに溢水防護対象設備は設置されていないが、隣接する溢水防護区画への溢水影響を確認するため選定箇所とした。

9.10 経年劣化事象と保全内容

配管については、機器・弁等の定期的な開放点検時の配管内部の目視点検・漏えい試験、日常点検（巡視点検等）により有意な劣化がないことを確認するとともに、クラス 1～3 配管については供用期間中における検査において非破壊試験・漏えい試験等により有意な欠陥等がないことを確認している。具体的な保全内容について表 9.10-1 に示す。

また、このような保全に加え、過去の運転経験に基づき個別の経年劣化事象に着目した評価・点検・予防保全を実施している。

このように配管系に対しては適切な損傷防止対策が実施されており、破損の可能性は低いと判断している。

表 9.10-1 経年劣化事象と保全内容

経年劣化事象		保全内容	代表系統
疲労		<ul style="list-style-type: none"> ・ 供用期間中検査により超音波探傷試験，表面試験，漏えい試験等を実施し，有意な結果のないことを確認している。 ・ 日本機械学会基準「配管の高サイクルネール疲労に関する評価指針」に従って，原子炉隔離時冷却系，原子炉冷却材浄化系，残留熱除去系，ほう酸水注入系における高サイクル熱疲労割れの発生可能性を評価し，損傷の発生が否定できないと評価された配管については非破壊検査を実施するとともに，取替を行う運用としている。 ・ 日常点検（巡視点検等），配管外観検査等により配管に以上のないことを確認している。 	<ul style="list-style-type: none"> ・ 原子炉隔離時冷却系（高／低） ・ 原子炉冷却材浄化系（高） ・ 残留熱除去系（低） ・ ほう酸水注入系（低） ・ 燃料プール冷却浄化系（低） ・ 高圧炉心スプレイ系（低） ・ 低圧炉心スプレイ系（低） ・ 主蒸気系（高） ・ 給水系（高）
	応力腐食割れ		
腐食	流れ加速型腐食（減肉）	<ul style="list-style-type: none"> ・ 日本機械学会「沸騰水型原子力発電所配管減肉管理に関する技術規格」に基づき，減肉が想定される系統に対して超音波により厚さを測定し，その結果を基に余寿命評価を実施している。 ・ 日常点検（巡視点検等），配管外観検査等により配管に以上のないことを確認している。 	<ul style="list-style-type: none"> ・ 主蒸気系（高） ・ 給水系（高） ・ 給水加熱器ドレン系（高）
	全面腐食	<ul style="list-style-type: none"> ・ 機器の分解点検時に出入口配管の内部を確認し，有意な腐食がないことを確認している。 	<ul style="list-style-type: none"> ・ 原子炉補機冷却水系（低） ・ 残留熱除去系（低） ・ 高圧炉心スプレイ系（低） ・ 低圧炉心スプレイ系（低）
	海水による腐食	<ul style="list-style-type: none"> ・ 海水を内包する配管については防食を目的としたライニングを行っている。また，定期的に開放点検にて目視検査やライニング膜厚測定を実施し，健全性を確認している。 ・ 日常点検（巡視点検等），配管外観検査等により配管に以上のないことを確認している。 	<ul style="list-style-type: none"> ・ 原子炉補機冷却海水系（低） ・ 高圧炉心スプレイ補機冷却海水系（低）

(注) 系統名称の（高／低）の記載は，高エネルギー配管及び低エネルギー配管の分類を示す。

9.11 水密扉の開閉運用について

1. 水密扉の設置箇所数について

水密扉の開閉運用については、内部溢水影響評価において期待する水密扉を対象とする。対象とする水密扉を表 9.11-1 に示す。

表 9.11-1 水密扉設置箇所数

設置建屋	設置	設置数
原子炉建屋	O.P. 22.50m	3 箇所
	O.P. 15.00m	12 箇所
	O.P. 6.00m	1 箇所
	O.P. -0.80m	1 箇所
	O.P. -8.10m	11 箇所
制御建屋	O.P. 23.50m	1 箇所
	O.P. 19.50m	1 箇所
	O.P. 15.00m	6 箇所
	O.P. 8.00m	5 箇所
	O.P. 1.50m	6 箇所
タービン建屋	O.P. 0.80m	1 箇所
軽油タンクエリア	O.P. 9.50m	4 箇所
海水ポンプ室	O.P. 3.00m	3 箇所

2. 水密扉の運用について

水密扉は、原則「常時閉止」としており、通行等に伴い開閉する場合においても、確実に閉止することを社員及び協力会社作業員に周知する。また、運用については、以下の内容にて徹底を図ることとする。

- ・水密扉は原則「常時閉止」とする。通行、作業等により一時的に開放した場合は、作業実施箇所等にて都度確実に閉止する。また、中央制御室で遠隔監視し、開放状態を検知した場合は閉止操作を実施する。
- ・防護扉を兼用している水密扉及び屋外に設置されている水密扉は、施錠管理を行う。

- ・ 定期検査等の作業において、資機材運搬等で作業性の観点から長時間開放する必要がある場合は、申請手続きを実施し、許可条件を満足する場合に長時間開放を可とする。

3. 開放時の注意喚起

開放時の注意事項として、現場の水密扉自体に注意を促す掲示を実施する。また、水密扉（施錠管理とする水密扉を除く）は、開放時は水密扉に設置した注意喚起装置（開表示、ブザー告知装置）を鳴動させる。さらに、5分以上開放状態が継続した場合には、中央制御室に設置されている水密扉開閉監視盤に警報を発信するとともに、事前の許可が無いときは、速やかに閉止する運用を実施する。

4. 水密扉の運用の周知方法について

社員及び協力会社作業員に対して、水密扉の運用管理に関する教育を実施し、運用順守を徹底する。

水密扉開閉監視装置の耐震設計について

1. はじめに

水密扉の運用を確実に実施するためには、設備の健全性が必要となり、水密扉本体においては地震時及び地震後において期待する水密扉は基準地震動 S_s による地震力に対して、それ以外の水密扉は要求される地震力に対して機能を損なうおそれのない設計としている。また、電力自主設備として設置する水密扉開閉監視装置についても、各水密扉に要求する地震力と同じ地震力に対して、要求される機能を損なうおそれのない設計とする。水密扉は、カンヌキが掛かることで完全閉止状態となるので、完全閉止状態となる位置に水密扉開閉状態検出器を取り付ける。

2. 対象設備について

水密扉開閉監視装置の構成図（例）を図 9.11-1 に示す。また、水密扉設置状況を図 9.11-2 に示す。

3. 水密扉開閉監視装置の耐震設計について

地震時及び地震後において期待する水密扉に設置する水密扉開閉状態検出器、中央制御室に設置する水密扉開閉監視盤、非常用電源設備等については、基準地震動 S_s による地震力に対して耐震健全性を確保する。

4. 水密扉の配置

水密扉の配置及び施錠管理または警報管理の区分、監視設備の S_s 機能維持の有無について、図 9.11-3 に示し、凡例を以下に示す。なお、水密扉の開閉管理は、施錠管理又は警報監視を行うこととし、現状の計画を示す。

【図 9.11-3 の凡例】

施錠管理：施錠管理をしている水密扉に「○」

警報管理：開放状態が継続した場合に、中央制御室に設置されている水密扉開閉監視盤に警報が発報される水密扉に「○」

S_s 機能維持：地震起因の内部溢水に対し機能を期待する水密扉のうち、 S_s 機能維持をする監視設備がついているものに「○」

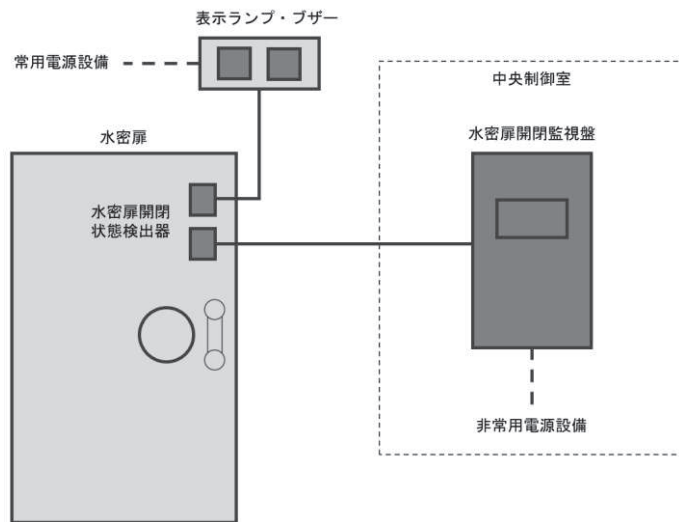


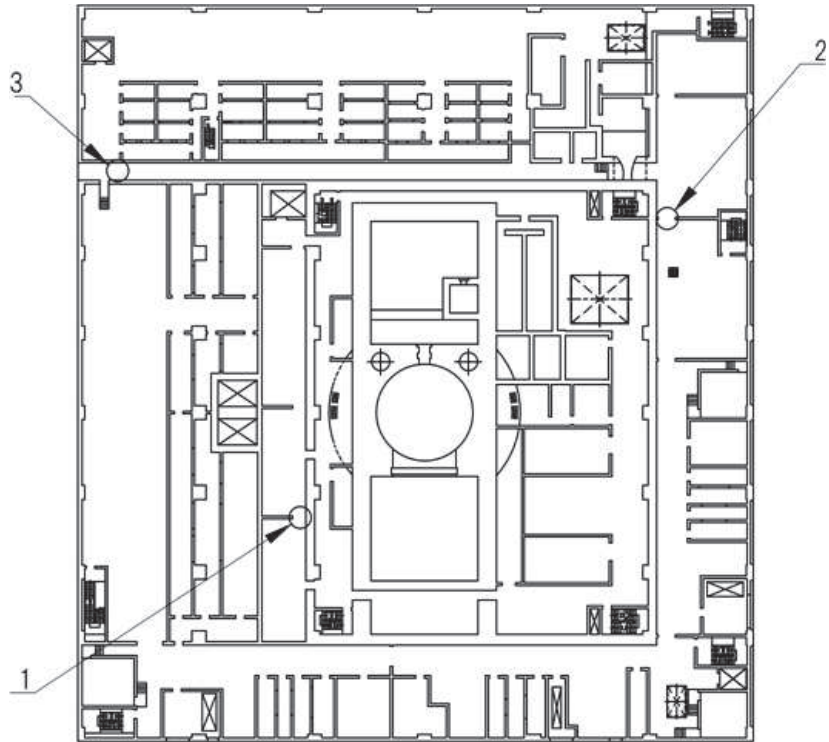
図 9.11-1 水密扉開閉監視装置の構成図 (例)



図 9.11-2 水密扉設置状況

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図

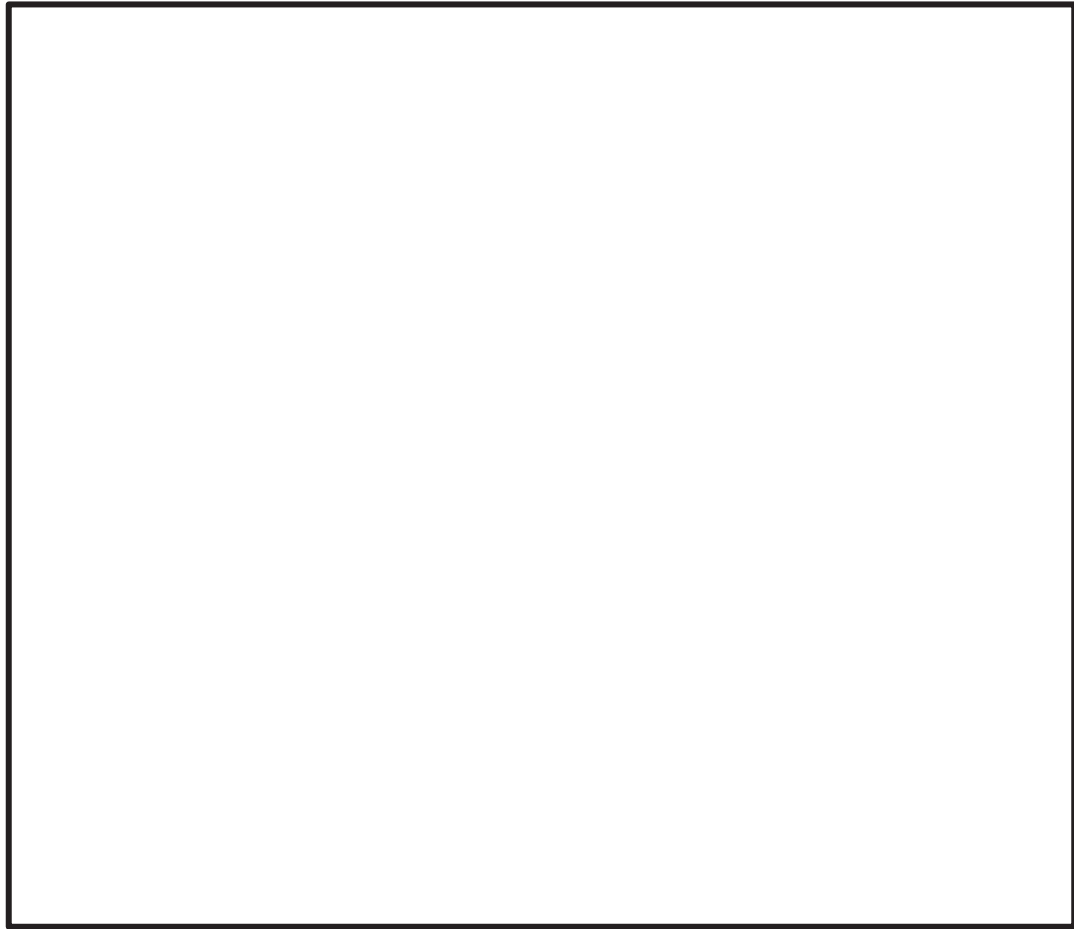


原子炉建屋 0. P. 22. 50m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	SGTS ヒータユニット(A)室浸水防止水密扉	—	○	—
2	HECW 冷凍機(B)(D)室-HECW 冷凍機(A)(C)室浸水防止水密扉	—	○	—
3	制御建屋共通エリア浸水防止水密扉	—	○	—

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (1/13)

配置図



原子炉建屋 0. P. 15.00m

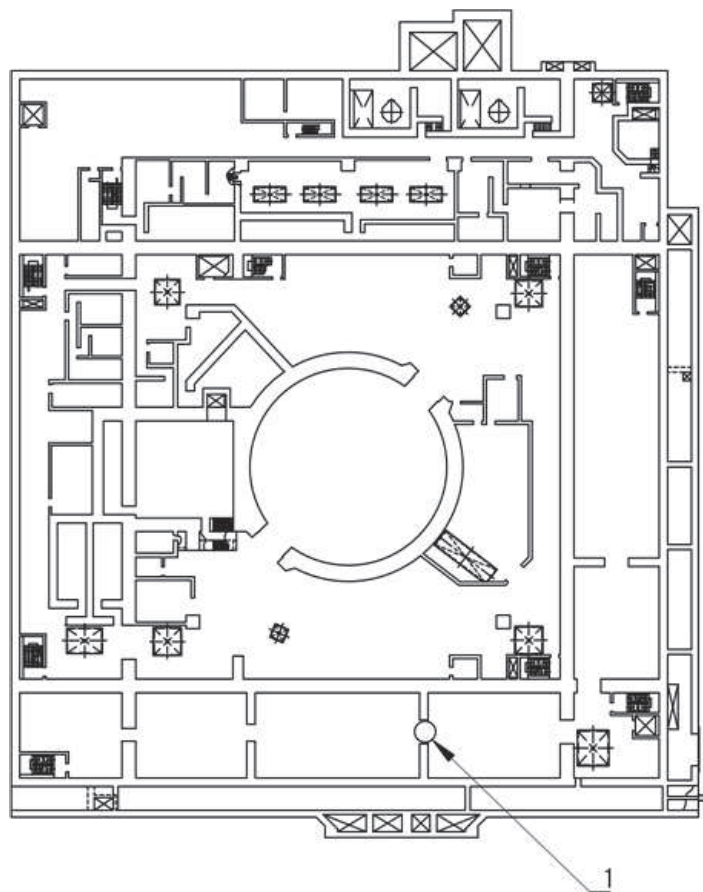
No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	RHR Hx(A)室-RHR Hx(B)室浸水防止水密扉	—	○	○
2	原子炉建屋浸水防止水密扉 (No. 2)	—	○	○
3	原子炉建屋浸水防止水密扉 (No. 1)	—	○	○
4	D/G(B)室-D/G(HPCS)室浸水防止水密扉	—	○	—
5	RW 電気品室(B)浸水防止水密扉	—	○	—
6	北西階段室管理区域外伝播防止水密扉	—	○	○
7	原子炉建屋大物搬入口	○	—	—
8	原子炉建屋管理区域外伝播防止水密扉 (No. 3)	○	—	—
9	RW 制御室管理区域外伝播防止水密扉	○	—	—
10	原子炉建屋管理区域外伝播防止水密扉 (No. 1)	—	○	○
11	原子炉建屋管理区域外伝播防止水密扉 (No. 2)	○	—	—
12	主排気ダクト連絡トレンチ (2T-5)管理区域外伝播防止水密扉	○	—	—

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (2/13)

補-9.11-6

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図

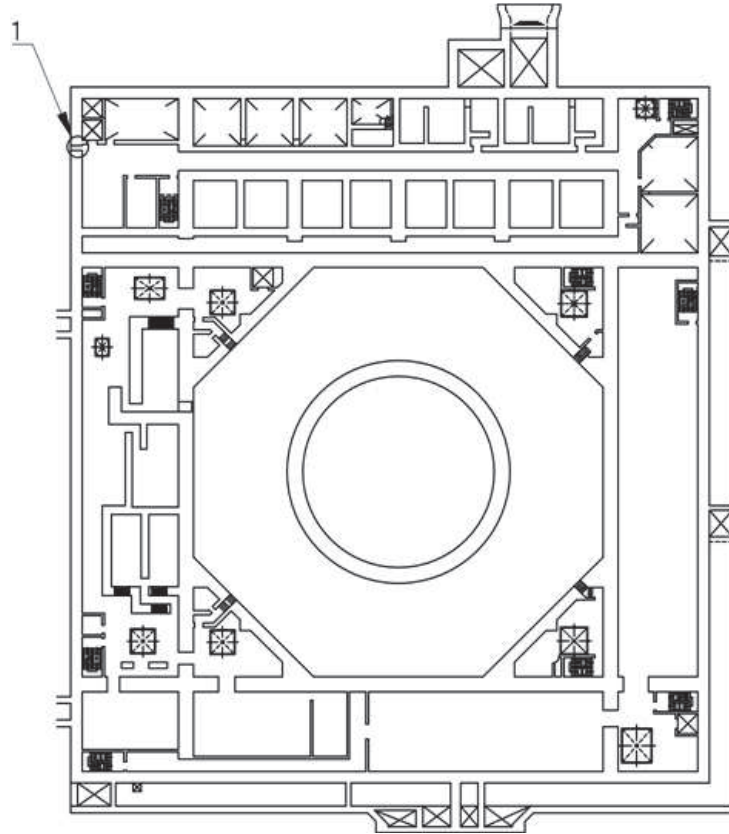


原子炉建屋 0. P. 6. 00m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	区分ⅢHPCS 電気品室-区分Ⅱ非常用電気品室 浸水防止水密扉	-	○	-

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (3/13)

配置図

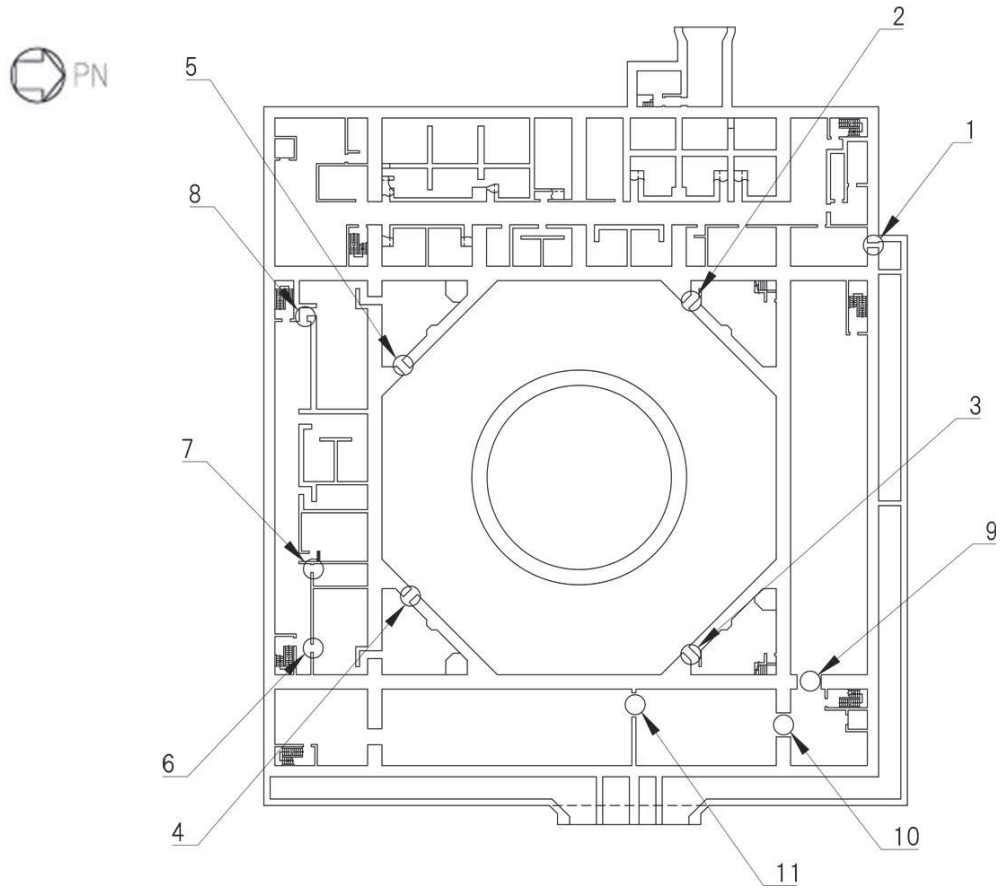


原子炉建屋 0. P. -0.80m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	原子炉建屋浸水防止水密扉 (No. 4)	—	○	○

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (4/13)

配置図

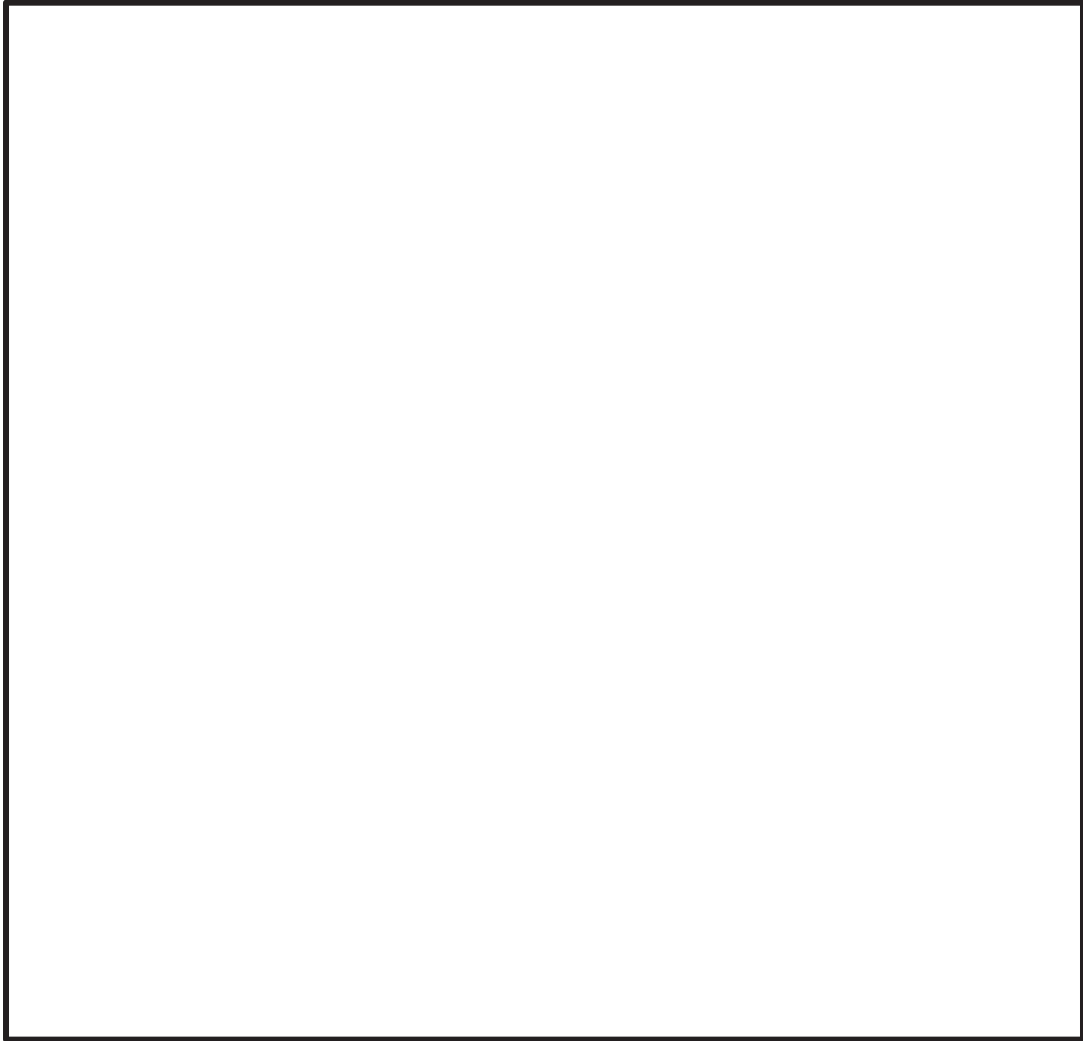


原子炉建屋 0. P. -8.10m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	原子炉建屋浸水防止水密扉 (No. 3)	○	—	—
2	LPCS ポンプ室浸水防止水密扉	—	○	—
3	HPCS ポンプ室浸水防止水密扉	—	○	—
4	RHR ポンプ (B) 室浸水防止水密扉	—	○	—
5	RHR ポンプ (A) 室浸水防止水密扉	—	○	—
6	RHR ポンプ (C) 室-共通通路浸水防止水密扉	—	○	○
7	FPMUW ポンプ室浸水防止水密扉	—	○	○
8	RCIC タービンポンプ室-共通通路浸水防止水密扉	—	○	○
9	RCW Hx (A) (C) 室-共通通路浸水防止水密扉	—	○	—
10	HPCW Hx 室浸水防止水密扉	—	○	—
11	HPCW Hx 室-RCW Hx (B) (D) 室浸水防止水密扉	—	○	—

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (5/13)

配置図



制御建屋 O.P. 23.50m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	第2号機 MCR 浸水防止水密扉*	—	—	—

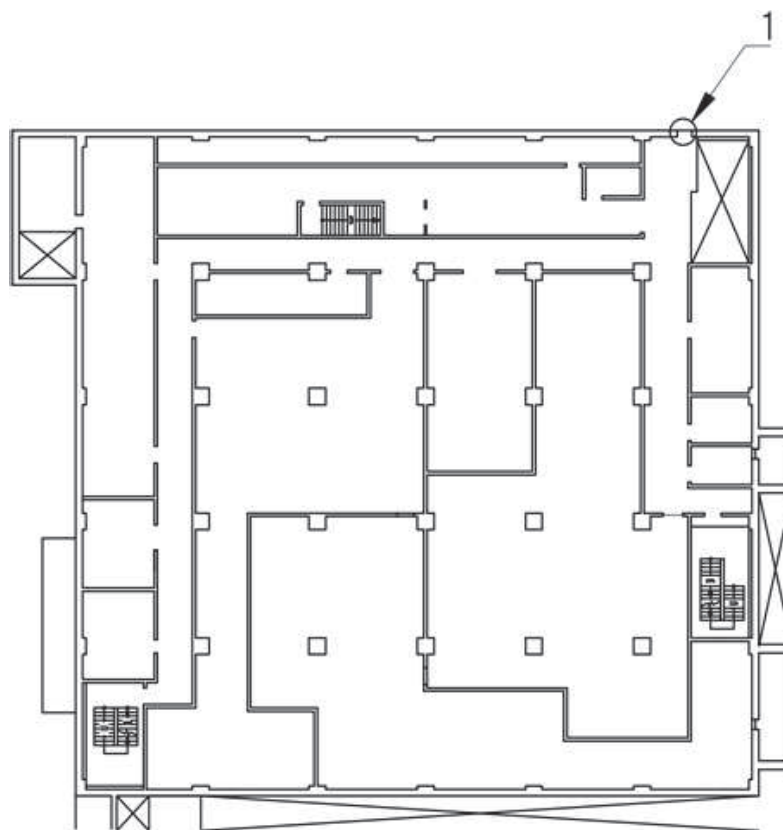
注記 * : 中央制御室に設置されていることから、開閉状態は管理されている。

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (6/13)

補-9.11-10

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図

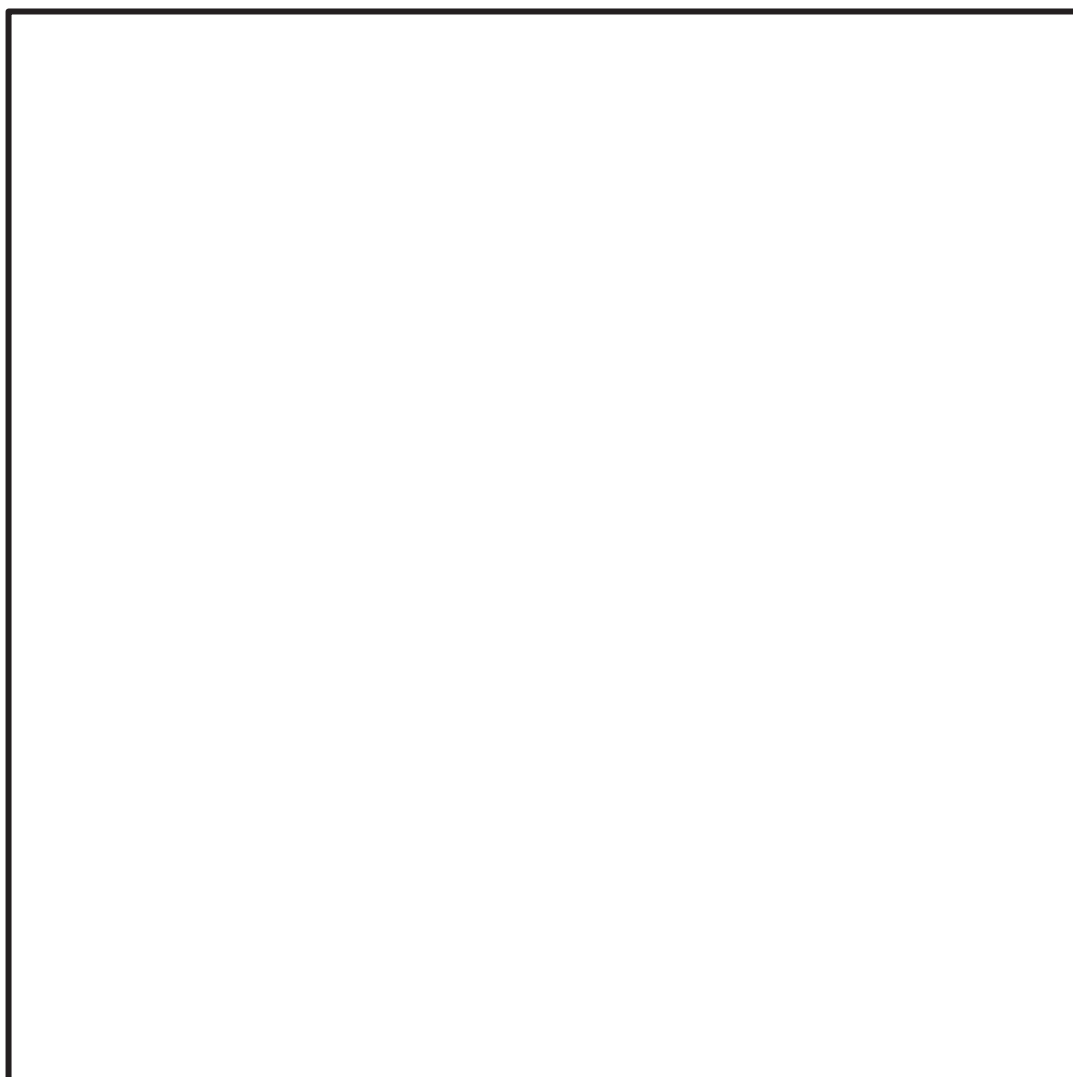


制御建屋 0.P.19.50m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 1)	—	○	○

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (7/13)

配置図



制御建屋 0.P.15.00m

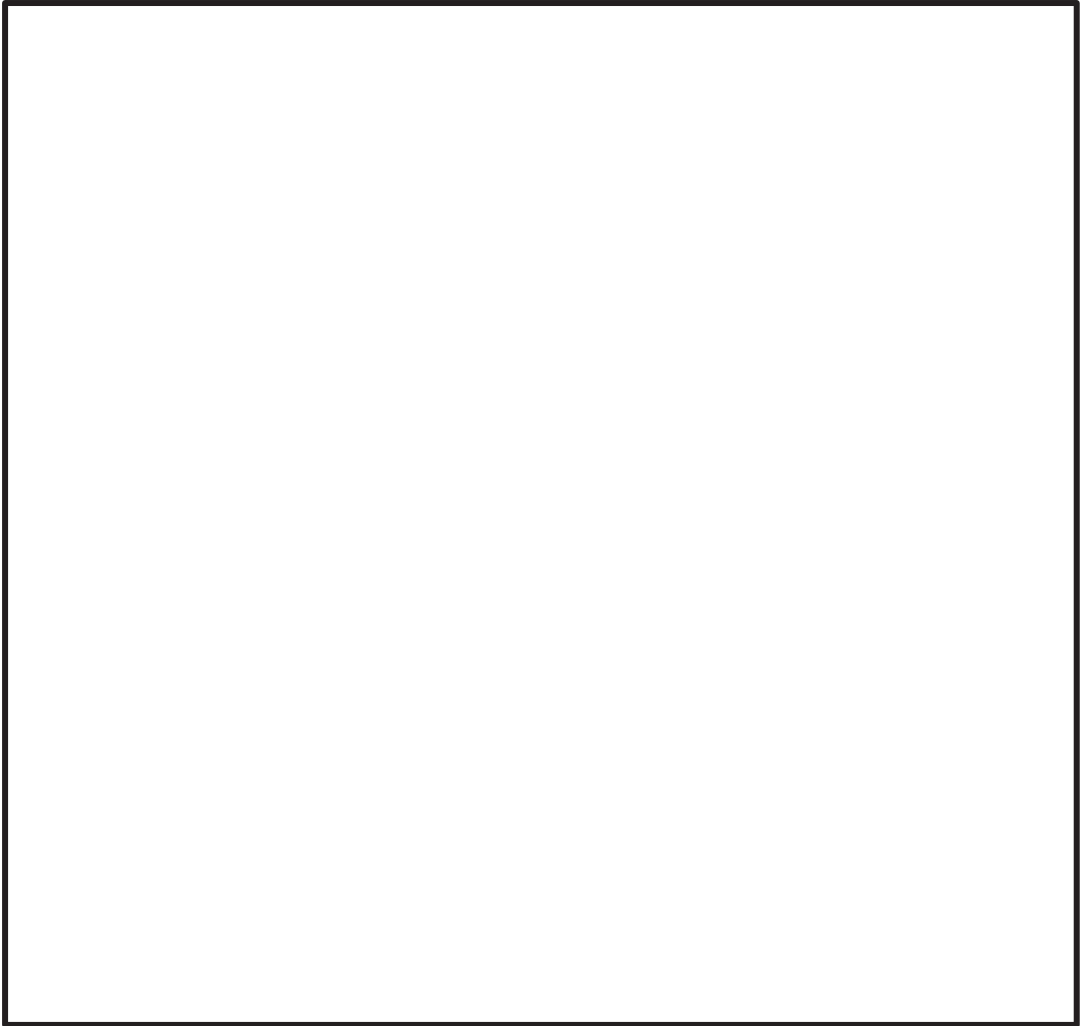
No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 3)	—	○	○
2	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 2)	—	○	○
3	補助ボイラー建屋連絡階段管理区域外伝播防止水密扉	—	○	—
4	制御建屋管理区域外伝播防止水密扉 (No. 1)	—	○	—
5	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 4)	—	○	○
6	制御建屋浸水防止水密扉 (No. 5)	—	○	○

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (8/13)

補-9.11-12

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図



制御建屋 0.P.8.00m

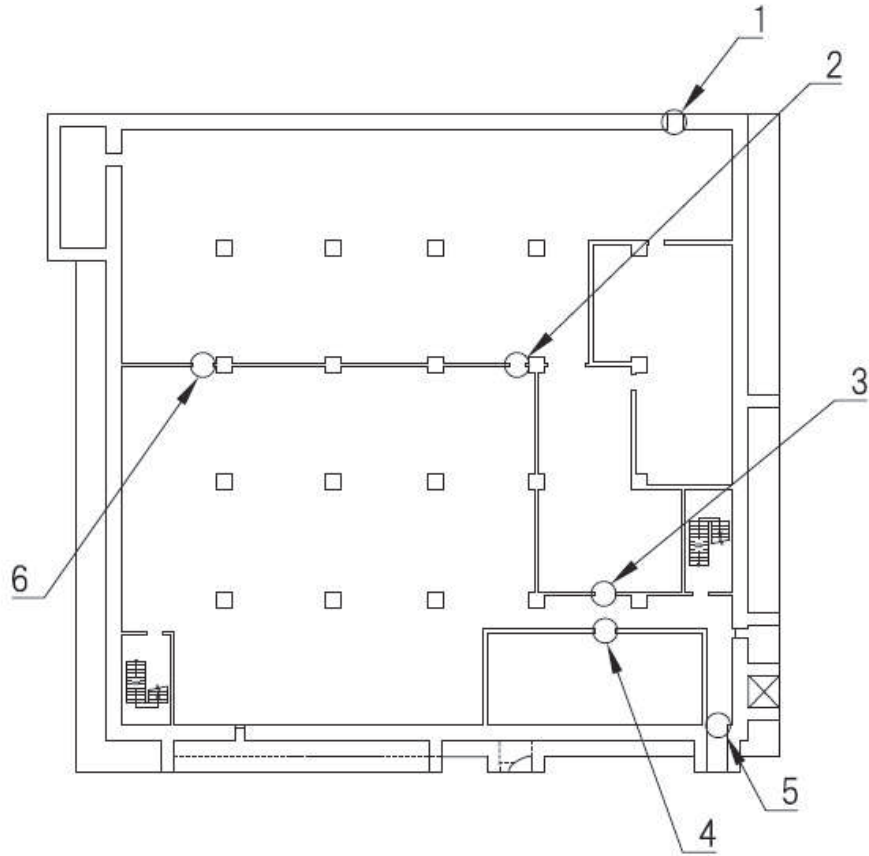
No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	計測制御電源室(B)浸水防止水密扉 (No. 1)	—	○	—
2	計測制御電源室(B)浸水防止水密扉 (No. 3)	—	○	○
3	計測制御電源室(B)浸水防止水密扉 (No. 2)	—	○	—
4	RSS 盤室浸水防止水密扉	○	—	—
5	計測制御電源室(A)-常用および共通 M/C・P/C 室浸水防止水密扉	—	○	—

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (9/13)

補-9.11-13

枠囲みの内容は防護上の観点から公開できません。

配置図

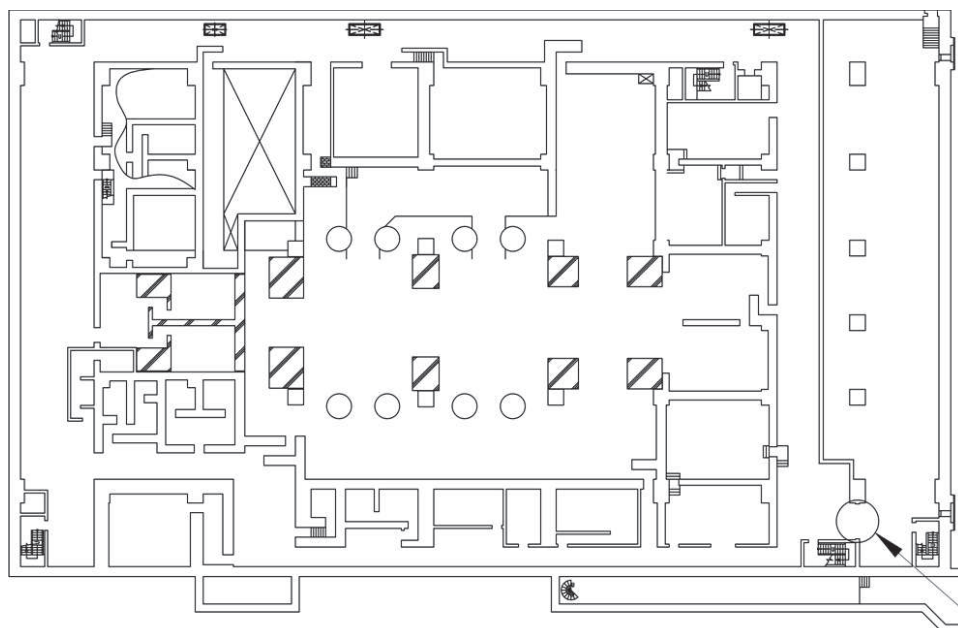


制御建屋 0.P.1.50m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	制御建屋空調機械(A)室浸水防止水密扉	-	○	○
2	制御建屋空調機械(A)室-制御建屋空調機械(B)室浸水防止水密扉(No.1)	-	○	-
3	250V 直流主母線盤室-制御建屋空調機械(B)室浸水防止水密扉	-	○	-
4	ISI 室浸水防止水密扉	-	○	-
5	制御建屋空調機械(B)室浸水防止水密扉	-	○	○
6	制御建屋空調機械(A)室-制御建屋空調機械(B)室浸水防止水密扉(No.2)	-	○	-

図 9.11-3 設置位置 (水密扉) (10/13)

配置図

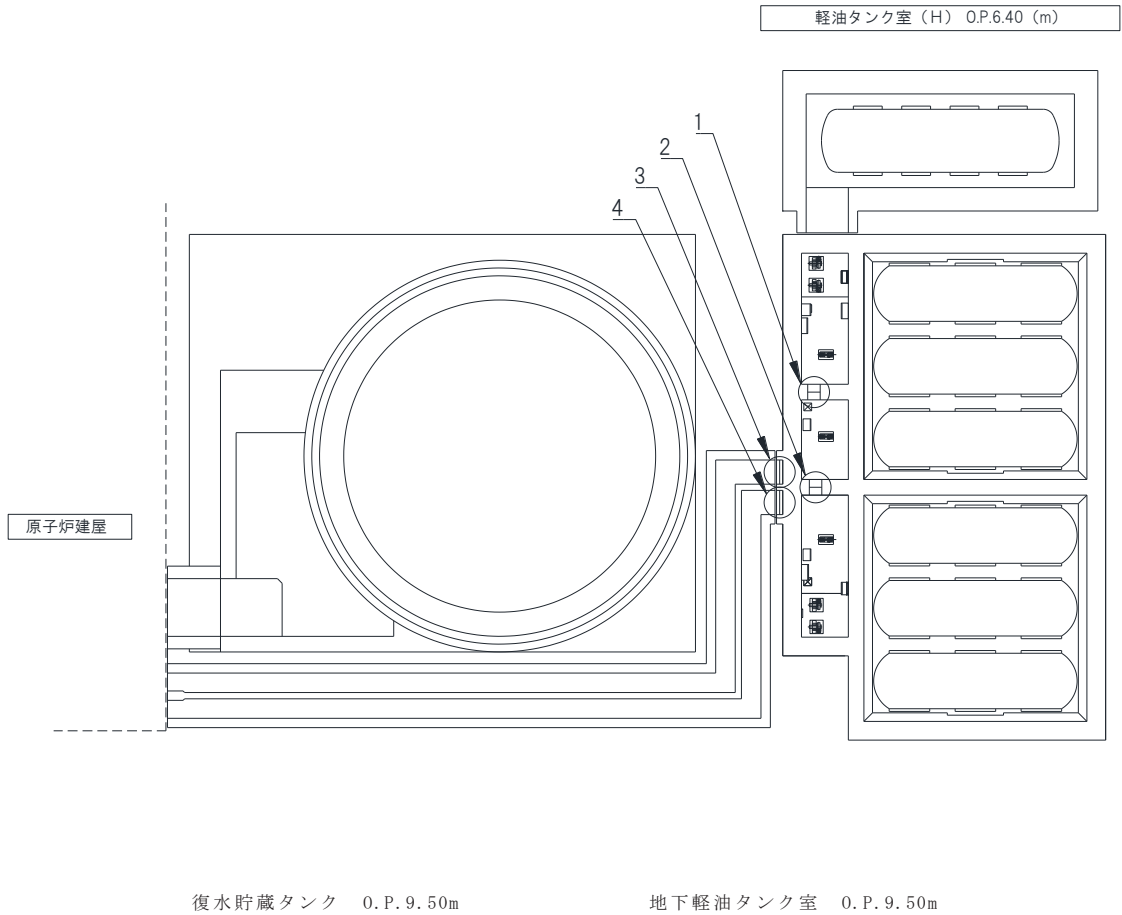


タービン建屋 0. P. 0. 80m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	タービン建屋管理区域外伝播防止水密扉	○	—	—

図 9. 11-3 設置位置（水密扉） (11/13)

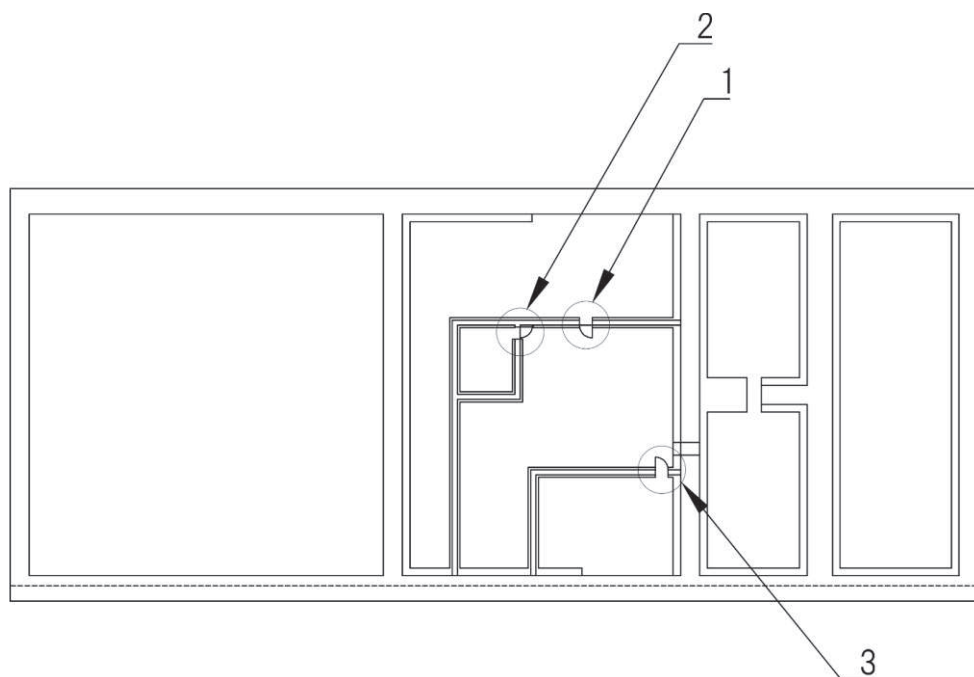
配置図



No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	燃料移送ポンプ (H) 室-燃料移送ポンプ (A) 室浸水防止水密扉	○	-	-
2	燃料移送ポンプ (A) 室-燃料移送ポンプ (B) 室浸水防止水密扉	○	-	-
3	燃料移送ポンプ (A) 室浸水防止水密扉	○	-	-
4	燃料移送ポンプ (B) 室浸水防止水密扉	○	-	-

図 9. 11-3 設置位置 (水密扉) (12/13)

配置図



第 2 号機海水ポンプ室 0. P. 3. 00m

No.	名称	施錠管理	警報管理	S s 機能維持
1	RSW ポンプ (A) (C) 室-TSW ポンプ室浸水防止水密扉	○	-	-
2	HPSW ポンプ室浸水防止水密扉	○	-	-
3	TSW ポンプ室-RSW ポンプ (B) (D) 室浸水防止水密扉	○	-	-

図 9. 11-3 設置位置 (水密扉) (13/13)

9.12 床ドレンラインの応力評価について

1. 概要

本資料は、排水を期待する設備である床ドレンラインに発生する応力評価に関する補足説明資料である。

溢水影響評価において期待する床ドレンラインは、想定する機器の破損等により生じる溢水及び発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水を定められた区画へ排するために設置する。

2. 評価において床ドレンラインに排水を期待する区画

床ドレンラインに排水を期待している区画を表 9.12-1 に示す。

表 9.12-1 評価において排水を期待する床ドレンラインが設置されている区画

建屋	区画
原子炉建屋	R-2F-7-1
原子炉建屋	R-2F-6-1
原子炉建屋	R-2F-6-2

3. 床ドレンの概要図

排水を期待している床ドレンラインは、原子炉建屋の非管理区域に設置されており、原子炉建屋地下3階に設置されるサンプへ排水する設計である。

床ドレンの概要図を図 9.12-1 に示す。

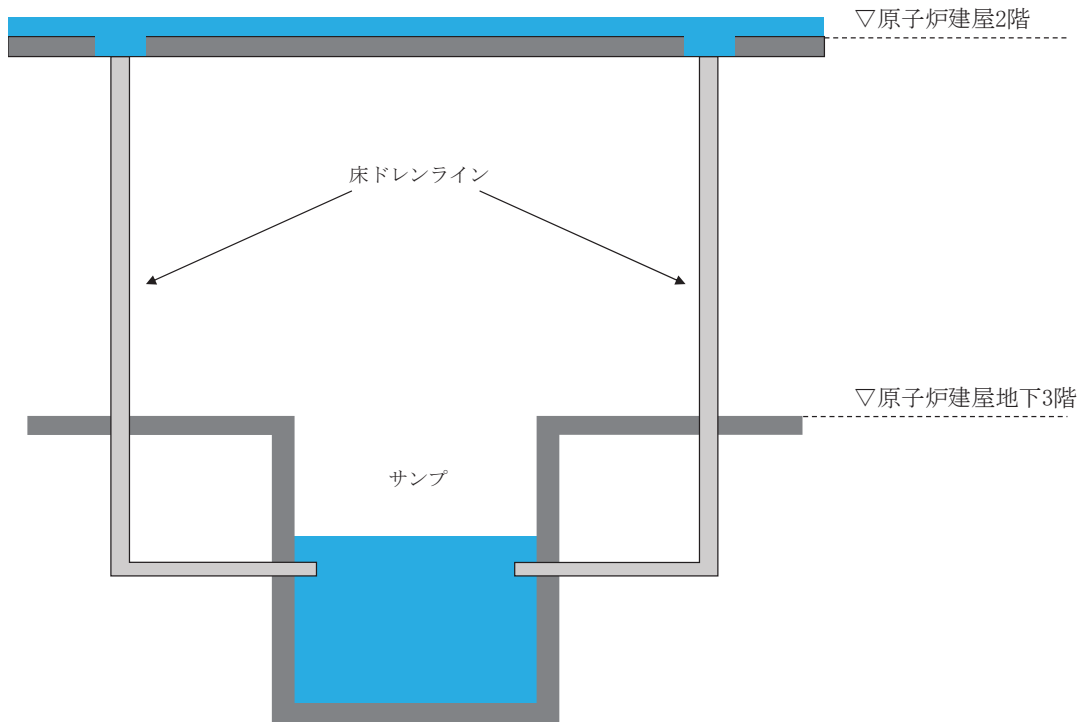


図 9.12-1 排水に期待する床ドレンラインの概要図

4. 床ドレンラインの配管設計

床ドレンラインは発生した溢水をサンプ又はピットへ誘導することを目的としており、当該配管の接続部は、大気解放されている。また、溢水事象等の発生によりサンプ又はピットの水位が上昇し、床ドレンライン配管との接続部が没水した場合は、サンプ又はピットへ排水を妨げる可能性があるが、溢水発生個所が上層階であり、水頭差が大きいことから、その影響は軽微であると考えられる。

溢水発生個所においては、上述のとおり接続先のサンプ又はピットは大気解放されており、床ドレンラインに水頭圧が加わる前に下階へ伝播することから、配管に発生する内圧は大気圧程度であると想定される。そのため、クラス3管の強度評価方針を適用した場合においても、最小板厚は0mmとなることから強度評価は不要と考える。

なお、溢水影響評価において排水を期待する床ドレンラインは、全て鋼管で設計されており、容易に破損することはない。また、使用環境においても、設計基準事故時の最高使用温度である66℃で建設時より変更はない。

9.18 内部溢水影響評価に用いる各項目の保守性と有効数字の処理について

内部溢水影響評価に用いる各項目の数値の算出時には、評価が保守側になるように評価している。内部溢水影響評価に用いる各項目の概要を図 9.18-1 に示す。

なお、評価対象区画の溢水水位を算出する上で、開口部等から他区画へ溢水が流れ出ることを排出と定義している。

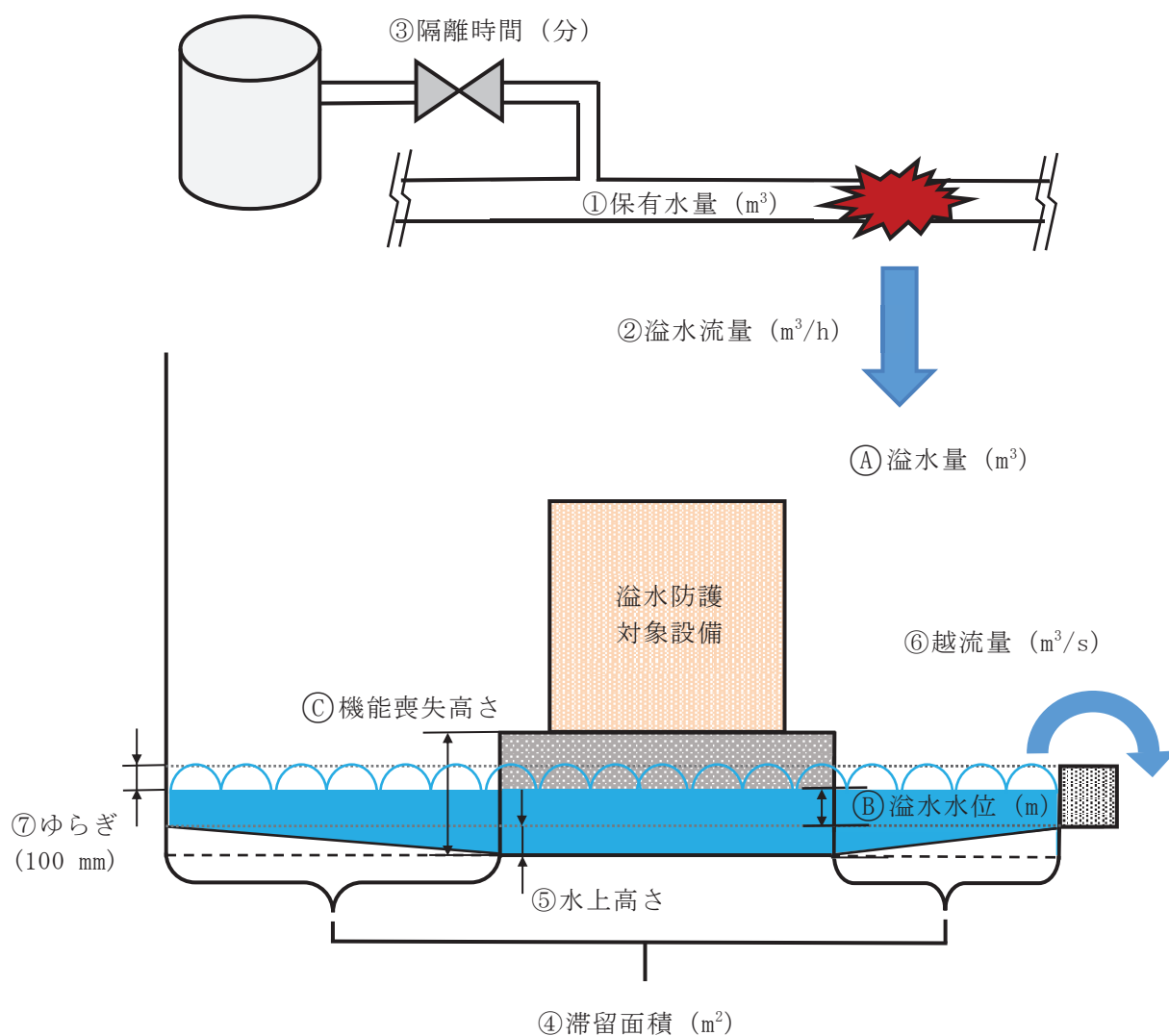


図 9.18-1 内部溢水影響評価に用いる各項目の概要図

1. 評価に用いる各項目の数値の算出方法

評価に用いる各項目の数値の算出方法を示す。各項目の保守性又は数値設定の考え方と、端数処理を表 9.18-1 に示す。

(1) 溢水量の算出

$$\text{㉑溢水量 (m}^3\text{)} = \text{㉒溢水流量 (m}^3\text{/h)} \times \text{㉓隔離時間 (分)} + \text{㉔保有水量 (m}^3\text{)}$$

ただし、当該系統のみで、補給水源を持たない場合で算定された溢水量が系統内保有水量を超える場合は、系統内保有水量が溢水量となる。

(2) 溢水水位の算出

溢水防護区画ごとに以下の方法で溢水水位を算出した。

- ・ 溢水水位その 1 【開口部等からの排出が期待できない場合】

$$\text{㉕溢水水位 (m)} = \text{㉑溢水量 (m}^3\text{)} \text{ / } \text{㉖滞留面積 (m}^2\text{)}$$

- ・ 溢水水位その 2 【開口部等からの排出が期待できる場合】

評価対象区画の破損箇所からの単位時間あたりの流入量と評価対象区画にある開口部等からの排出量とが等しくなるのが最高水位となる。

内部溢水影響評価では、以下の式により算出した越流量 Q が想定破損による溢水の最大流量を包絡することを確認する。詳細は、「9.8 流下開口を考慮した没水高さについて」に示す。

$$\text{㉗越流量 } Q = C \times B \times h^{3/2}$$

$$(h = \text{「没水高さ」} - \text{「堰高さ」})$$

(3) 機能喪失高さ

機能喪失高さは、溢水水位に対し裕度が確保されていることを確認する。

表 9.18-1 内部溢水影評価の算出に用いる項目の保守性一覧 (1/3)

評価対象	項目	算出式又は設定値	評価における保守性
溢水量	保有水量	配管施工図又は平面図より配管長を算出	<ul style="list-style-type: none"> 平面図を使用した場合は，計算値に50%を加味し保有水量を設定 計算結果を10m³単位で切り上げ処理
	系統溢水量	$Q=A \times C \times \sqrt{2 \times g \times H}$ Q: 流出流量 (m ³ /h) A: 断面積 (m ²) C: 損失係数 g: 重力加速度 (m/s ²) H: 水頭 (m)	<ul style="list-style-type: none"> すべての区画に対して最高使用圧力・最大口径から算出した系統の溢水量を使用 自動隔離の場合，インターロック作動までの時間に余裕を考慮
	隔離時間	想定破損評価における手動隔離時間は基本80分を使用	<ul style="list-style-type: none"> 隔離時間 80 分未満の系統についても80分を使用
溢水水位	滞留面積	<ul style="list-style-type: none"> 床躯体図から躯体寸法を読み取り，床面積を算出し，算出した床面積を0.7倍にした値を使用 機器占有率が30%以上となる区画は，占有率に応じた係数を使用 	<ul style="list-style-type: none"> アクセス開口及び迷路部等は床面積から除外 サンプル等，基準床面より掘り込んでいる部分の容積は考慮しない 床面積算出後に切り捨てを実施し，更に0.7倍後に切り捨てを実施
	溢水水位 (評価高さ)	$H=Q/A$ H: 溢水水位 (m) Q: 流入量 (m ³) A: 滞留面積 (m ²)	<ul style="list-style-type: none"> 計算値は0.1m単位で切り上げを実施

表 9.18-1 内部溢水影評価の算出に用いる項目の保守性一覧 (2/3)

評価対象	項目	算出式又は設定値	評価における保守性
溢水水位	排水	—	<ul style="list-style-type: none"> 床ドレン系による排水には期待せず、溢水量全量が伝播するものとして評価 (カーブで囲まれた区画内へ貯留される分を考慮しない)
流下開口からの流出量	扉からの流出量	<ul style="list-style-type: none"> 開口部からの越流水深 0.17m を考慮し、溢水水位を設定 越流量算出には、実験により求められた長方堰の流量算出式を使用 	<ul style="list-style-type: none"> 原子炉建屋原子炉棟では、最大漏えい流量 263 m³/h (HPCS 系) 原子炉建屋付属棟では、最大漏えい流量 201 m³/h (RCW 系) に対して扉 1 箇所からの流出量は 331 m³/h 原子炉建屋原子炉棟では、流下経路として扉 2 箇所を設定
	ハッチ・吹抜からの流出量	$Q = C \times B \times h^{\frac{3}{2}}$ <p>Q: 越流量 (m³/s) B: 堰の幅 (m) C: 流量係数 (m^{1/2}/s) h: 越流水深 (m)</p>	<ul style="list-style-type: none"> ハッチについては、開口 4 辺のうち、小さい 2 辺から流出するものとして算出 開口が 2 辺の吹抜については、小さい 1 辺から流出するものとして算出 開口が 3 辺の吹抜については、大きい 1 辺から流出するものとして算出
	床開口からの流出量	$Q = A \sqrt{\frac{2gH}{\lambda \frac{L}{d} + \Sigma \zeta + 1}}$ <p>Q: 流量 (m³/s) A: 断面積 (m²) H: 落差 (m) d: 内径 (m) L: 直管長 (m) ξ: 損失係数 λ: 摩擦係数</p>	<ul style="list-style-type: none"> 流量は落差が大きいほど大きくなるため、スラブ上の滞留深さは考慮せず、落差としてはスラブ厚さのみを考慮 摩擦係数の算出は、最も粗度の高いコンクリート管を考慮 管路入口の損失係数は、最も損失が大きい角端を考慮

表 9.18-1 内部溢水影評価の算出に用いる項目の保守性一覧 (3/3)

評価対象	項目	算出式又は設定値	評価における保守性
機能喪失高さ	機能喪失高さ(設定位置)	<ul style="list-style-type: none"> ・弁類 弁が設置されている配管の中心レベル, 又は弁軸のレベル ・ポンプ類, ファン類 コンクリート基礎の高さ ・電気盤類 対象機器の設置レベル ・計器関係 計器下端レベル 	<ul style="list-style-type: none"> ・弁類, ポンプ類, ファン類であれば, 駆動部の設置高さが実際の機能喪失高さとなる ・電気盤類については, 盤内配置状況に基づき個別に設定できるが, 設置床レベルで設定 ・計器関係では, 計器の接点部分について個別に評価し設定できるが, 計器下端レベルで設定
	機能喪失高さ(評価で使用する値)	設計値と実測値を比較し, より低い(小さい)方を溢水影響判定する際の機能喪失高さとして設定	<ul style="list-style-type: none"> ・設計値, 実測値ともに水上高さを差し引いた値として設定 ・水面のゆらぎによる影響を考慮し, 機能喪失高さの裕度が小さい場合, ゆらぎ対策を実施

9.19 現場操作の実施可能性について

女川原子力発電所第2号機において、溢水発生後の現場操作が必要な場合における実施可能性について以下に示す。

1. 運転員のアクセスが必要となる溢水事象

女川2号炉の内部溢水影響評価では、以下のとおり評価を実施しており、運転員のアクセス性に関して評価が必要となるのは、想定破損による溢水影響評価のみである。

(1) 想定破損による溢水

溢水発生時に現場の温度を上昇させるような高温の溢水源としては、給復水系、原子炉冷却材浄化系があるが、これらについては、漏えい検知・隔離するインターロックが作動し自動的に隔離されるため、運転員の手動操作は必要ない。

一方、低エネルギー系統の破損を想定した場合は、漏えい箇所の確認と隔離操作及び系統の切替操作について、運転員による対応が必要となる。

(2) 消火水の放水による溢水

火災発生時における消火水放水（3時間放水）を考慮した評価としており、運転員のアクセス性の検討は不要。

(3) 地震起因による溢水

運転員による手動隔離には期待しない評価としている。

2. 運転員のアクセス性を検討する際の評価項目

内部溢水発生時における運転員のアクセス性を検討する際の評価項目を表 9.13-1 に示す。

表 9.13-1 運転員のアクセス性に係わる評価項目

項目	内容
水位	歩行に影響しないこと
温度	溢水温度が歩行に影響しないこと
薬品	化学反応により歩行に影響しないこと
放射線	被ばくによる現場確認、操作作業に支障のないこと
漂流物	歩行に影響する障害物がないこと
照明	歩行に影響しないこと
感電	感電がないこと

内部溢水影響評価において運転員のアクセス性の評価を実施する場合、漏えい箇所の確認に対する評価と隔離操作に対する評価、及び系統の切替操作を伴う場合、操作対象弁までのアクセス性に関する評価が必要となる。

3. 評価結果

表 9.13-2 に漏えい箇所の確認・隔離操作における運転員のアクセス性評価結果、表 9.13-3 に系統の切替操作が必要となるケースを整理した結果を示す。

評価の結果、隔離操作に伴う現場へのアクセス性に対し、アクセス通路の水位等の要因が影響を与えないことを確認した。

表 9.13-2 漏えい箇所の確認・隔離操作等における運転員のアクセス性評価結果

想定破損						
対象建屋・エリア*11	原子炉建屋 原子炉棟	原子炉建屋 付属棟	制御建屋	海水ポンプ エリア	CST エリア	軽油タンク エリア
検知方法	サンプリング検知, 漏えい検知, 水位検知					
現場へ行く理由*1	①, ②, ③	①, ②	①, ②	①, ②	①, ②	②
隔離操作を実施する 建屋・エリア*2	Ri, Ro, Rw, T	Ri, Ro, 海 P, Rw, T	Ri, C, T	海 P	CST	LOT
アクセス通路の 水位*3,4	0~0.4m	0~0.3m	0~0.3m	0m	0m	0m
温度(気温)*4	~40℃程度*5	~40℃程度	~40℃程度*6	~30℃程度	~40℃程度*6	~40℃程度
薬品*4	想定破損評価時において, 薬品タンクが影響を及ぼすことはない*7					
実効線量*4	約 5.0×10^{-1} mSv*8	— (管理区域外)		約 6.5×10^{-4} mSv*8 — (管理区域外)		
漂流物対策*4	実施済み*9			— (漂流物なし)		
照明*4	非常用照明又は可搬型照明により対応可能					
感電*4	上流側の遮断器がトリップするため影響はない*10					

注記*1: ①漏えい箇所の特定, ②漏えい箇所の隔離, ③系統切替操作

*2: Ri: 原子炉建屋原子炉棟, Ro: 原子炉建屋付属棟, C: 制御建屋, 海 P: 海水ポンプエリア, CST: CST エリア, LOT: 軽油タンクエリア, Rw: 原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理エリア), T: タービン建屋

*3: 系統隔離及び系統切替操作におけるアクセス性の確認を別紙 1 に示す

*4: 漏えい箇所の確認・隔離操作等後の中央制御室に戻るまでのアクセス性を評価

*5: 高温溢水源である給復水系, 原子炉冷却材浄化系は, 漏えい検知・自動隔離, 加熱蒸気系については, 想定破損除外を適用

*6: 高温溢水源である加熱蒸気系は, 想定破損除外を適用

*7: 薬品によるアクセス性への影響について補足説明資料「9.20 ほう酸水漏えい等による影響について」に示す

*8: 現場操作時の線量影響の考え方を別紙 2 に示す

*9: 漂流物対策の実施例を別紙 3 に示す

*10: 溢水等により, 地絡等の警報が発生した場合に負荷を調査した上で, 負荷の切り離しを行う

*11: 対象建屋のうち, 緊急時対策建屋は系統保有水全量にて溢水評価を行っていること, また, 緊急用電気品建屋は溢水源がない

ためアクセス性評価に影響しない。

表 9.13-3 系統の切替操作が必要となるケース

	機能	系統	手動弁の 操作	現場指示計の 確認*1	
原子炉施設	緊急停止機能	水圧制御ユニット	—	—	
	未臨界維持機能	ほう酸水注入系	—	—	
	高温停止機能		残留熱除去系	—	—
			自動減圧系	—	—
			低圧炉心スプレイ系	—	—
			高圧炉心スプレイ系	—	—
	原子炉隔離時注水 機能		原子炉隔離時冷却系	—	—
			高圧炉心スプレイ系	—	—
	手動逃がし機能		逃がし安全弁	—	—
			自動減圧系	—	—
	低温停止機能		残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード)	—	—
	閉じ込め機能		隔離弁機能	—	—
			非常用ガス処理系	—	—
可燃性ガス濃度制御系			—	—	
監視機能		事故時計装系	—	—	
使用済燃料 プール	冷却機能	燃料プール冷却浄化系	—	—	
		残留熱除去系 (燃料プール水の冷却)	○*2, 4	—	
	給水機能	燃料プール補給水系	—	—	
		残留熱除去系 (燃料プール水の補給)	○*3, 4	—	
中央制御室	—	中央制御室換気空調系	—	—	

凡例 ○：操作又は確認が必要な場合 —：操作又は確認が無い場合

注記*1：状態監視のみの現場指示計について、系統切替操作時に必要か否かの確認を実施

*2：燃料プール冷却浄化系の機能が喪失した場合、残留熱除去系への切替操作が必要

*3：燃料プール補給水系の機能が喪失した場合、残留熱除去系への切替操作が必要

*4：系統切替操作時のアクセス通路における溢水水位について、別紙1に示す

3. 運転員のアクセス性に関する検討結果

現場操作が必要な設備のアクセス通路にあつては、歩行に影響のない水位であること、及び環境の温度、放射線量、薬品による影響、漂流物の影響、照明並びに感電を考慮してもアクセス性への影響がないことを確認した。

4. その他

(1) 被水によるアクセス性への影響について

対象システムの隔離作業に影響がある被水は考えられないが、万が一隔離作業に支障がある場合には、隔離弁の変更、アクセスルートの変更等による対応が可能であるため、アクセス性への影響はない。

(2) 蒸気によるアクセス性への影響について

加熱蒸気系の漏えいについては、現場での隔離作業がないため、アクセス性への影響はない。

系統隔離及び系統切替操作におけるアクセス性の確認

1. 系統隔離操作におけるアクセス性の確認

(1) 隔離操作時のアクセス通路の溢水水位

漏えい箇所の隔離操作対象となる現場手動弁までのアクセス通路の設定を行う場合は、積極的な流下経路に設定している階段室を通過しないことを考慮している。溢水を想定する系統（想定破損させる系統）とその隔離操作時にアクセスが必要となる区画について、表 1 に示す。

表 1 隔離操作時のアクセス性（隔離弁までのアクセス性）（1/3）

溢水系統	アクセス区画	溢水評価高さ (m)	アクセス 可否
CRD	R-1F-5	0	可
	R-B2F-3	0	可
	R-B2F-7	0	可
	R-B2F-4	0.3	可
	T-1F-1	0	可
	T-B1F-1	0	可
SLC	R-1F-5	0.3	可
	R-2F-3	0.3	可
RHR(A)	R-1F-5	0.3	可
RHR(B)	R-1F-5	0.3	可
RHR(C)	R-1F-5	0.3	可
LPCS	R-1F-5	0	可
	R-B1F-1	0.3	可
	R-MB1F-2	0	可
	R-MB1F-4	0.3	可
HPCS	R-1F-5	0	可
	R-B1F-1	0.3	可
	R-MB1F-2	0.3	可
FPC	R-1F-5	0.3	可
	R-1F-4	0.3	可
	R-M2F-3	0.3	可

表1 隔離操作時のアクセス性 (隔離弁までのアクセス性) (2/3)

溢水系統	アクセス区画	溢水評価高さ (m)	アクセス 可否
MUWP	Rw-1F-1	0	可
	Rw-B1F-1	0	可
	T-1F-1	0	可
	T-B1F-1	0	可
	T-B2F-1	0	可
MUWC	R-1F-5	0.3	可
	R-B2F-3	0	可
	R-B2F-7	0	可
	R-B2F-4	0.3	可
	R-B2F-1	0.3	可
	R-B2F-5	0.4* ¹	可
	Rw-1F-1	0	可
	Rw-B1F-1	0	可
	Rw-B2F-1	0	可
	T-1F-1	0	可
	T-B1F-1	0	可
	T-B2F-1	0	可
FW	Rw-1F-1	0	可
	Rw-B1F-1	0	可
	Rw-B2F-1	0	可
	Rw-MB2F-1	0	可
	T-B1F-3	0	可
	T-B2F-3	0	可
FPMUW	R-1F-5	0.3	可
	R-B1F-1	0.3	可
	R-B3F-5	0	可
	R-B3F-10	0	可
	R-B3F-6	0	可
	R-B3F-7	0	可
	R-B3F-1	0.3	可
	R-B3F-8	0.3	可
HNCW	R-1F-5	0.3	可
	R-3F-1	0.3	可
HECW(A)	R-1F-5	0.3	可
	R-3F-1	0.3	可

注記*1 : 設置する堰 (高さ 0.4m) を考慮

表1 隔離操作時のアクセス性 (隔離弁までのアクセス性) (3/3)

溢水系統	アクセス区画	溢水評価高さ (m)	アクセス 可否
HECW(B)	R-1F-5	0.3	可
	R-3F-1	0.3	可
RCW(A)	R-1F-5	0.3	可
	R-3F-1	0.3	可
RCW(B)	R-1F-5	0.3	可
	R-3F-1	0.3	可
HPCW	R-1F-5	0.3	可
	R-2F-3	0.3	可
HWH	R-1F-5	0.3	可
	R-3F-1	0.3	可
FP	T-1F-1	0	可
	C-1F-1	0.3	可
	Rw-1F-1	0	可
	A-1F-1	0	可
DGCW(A)	R-2F-16-1	0	可
	R-2F-4	0	可
	R-2F-5	0	可
	R-2F-6	0	可
	R-2F-7	0	可
	R-1F-14	0.3	可
	R-1F-13-1	0.3	可
	R-1F-13	0.3	可
DGCW(B)	R-2F-16-1	0	可
	R-2F-8	0	可
	R-1F-16-1	0.2	可
	R-1F-16	0.2	可
DGCW(H)	R-2F-16-1	0	可
	R-2F-4	0	可
	R-2F-5	0	可
	R-2F-6	0	可
	R-2F-7	0	可
	R-1F-14	0.3	可
	R-1F-15-1	0.2	可
	R-1F-15	0.2	可

(2) 隔離操作時に操作が必要となる弁

漏えい箇所の隔離操作を実施する場合に、操作対象となる現場手動弁までのアクセス通路と操作が必要となる弁について確認を行っている。以下に、代表例（溢水源：制御棒駆動水圧系）を示す。隔離操作対象弁を表 2、隔離操作時におけるアクセス通路を図 1 に示す。

表 2 制御棒駆動水圧系の隔離操作対象弁リスト

操作対象弁			
弁番号	弁名	設置場所	区画
P13-F010	CRD 復水入口弁	CRD バルブ室	R-B2F-4
N21-F045	CRD 復水積算流量計出口弁	T/B B1F グランド蒸気復水器室	T-B1F-1
N21-F046	CRD 復水積算流量計ハイス弁	T/B B1F グランド蒸気復水器室	T-B1F-1

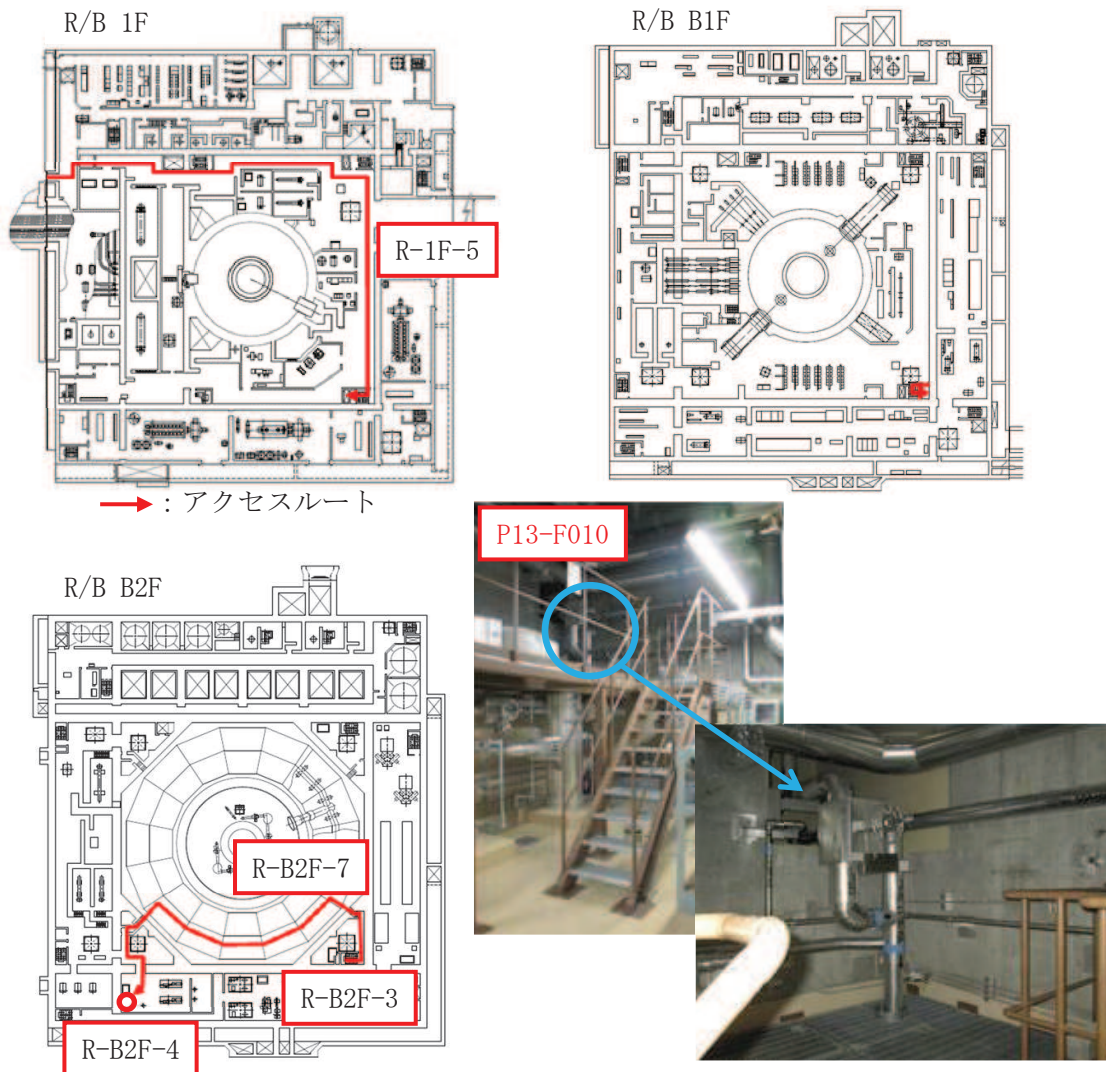
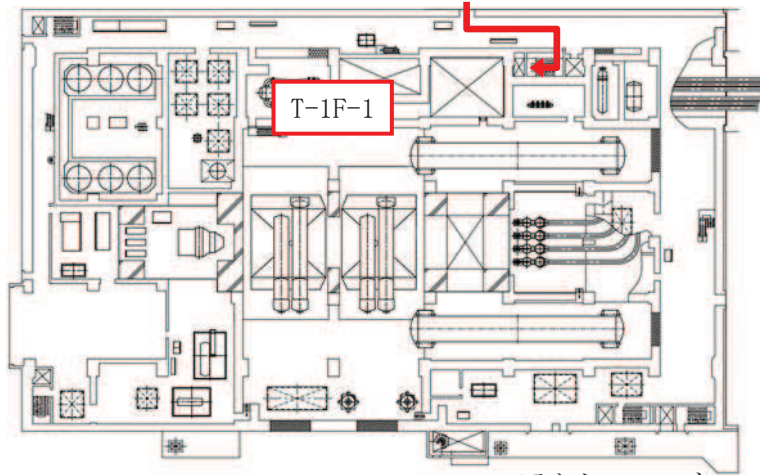


図 1 制御棒駆動水圧系の隔離操作時におけるアクセス通路 (1/2)

T/B 1F



T/B B1F

→ : アクセスルート

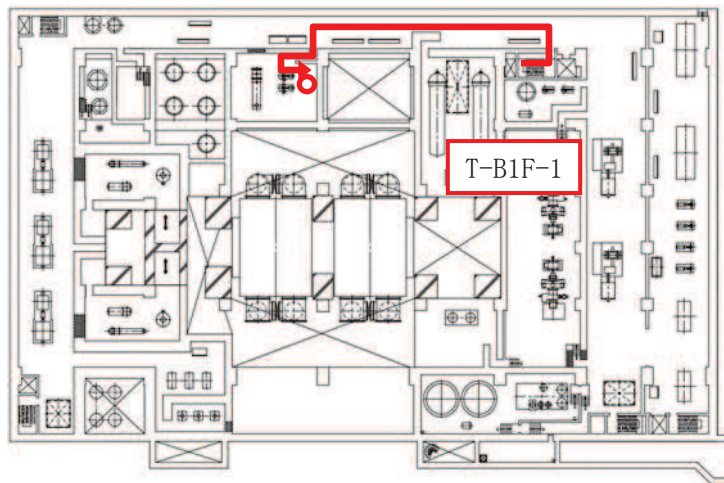


図1 制御棒駆動水圧系の隔離操作時におけるアクセス通路(2/2)

2. 系統切替操作時のアクセス通路における溢水水位

(1) 燃料プール冷却浄化系の機能が喪失した場合（冷却機能喪失時）

残留熱除去系への切替時に操作が必要となる弁を表 3, 4 に示す。また、アクセス通路及びアクセス通路における溢水水位について図 2, 3 及び表 5 に示す。

表 3 残留熱除去系 A 系の操作対象弁

操作対象弁			
弁番号	弁名	設置場所	防護区画
E11-F025A	RHR A 系封水入口弁	R/A 1F 西側通路	R-1F-5
E11-F029A	RHR A 系 FPC 吸込連絡弁	R/A B3F RHR ポンプ室(A)室	R-B3F-3
E11-F030A	RHR A 系 FPC 供給連絡弁	R/A MB1F RHR(A)バルブ室	R-MB1F-1
E11-F503AX	RHR 熱交換器(A)管側入口第一 ベント弁	R/A 1F RHR 熱交換器(A)室	R-1F-1
E11-F503AY	RHR 熱交換器(A)管側入口第二 ベント弁	R/A 1F RHR 熱交換器(A)室	R-1F-1
E11-F506AX	RHR A 系停止時冷却吸込 ライン第一ベント弁	R/A 上部トールラス室 (270°)	R-B2F-7
E11-F506AY	RHR A 系停止時冷却吸込 ライン第二ベント弁	R/A 上部トールラス室 (270°)	R-B2F-7
E11-F512AX	RHR A 系格納容器スプレイラ イン第一ベント弁	R/A 1F RHR(A)バルブ室	R-1F-9
E11-F512AY	RHR A 系格納容器スプレイラ イン第二ベント弁	R/A 1F RHR(A)バルブ室	R-1F-9
E11-F513X	RHR ヘッドスプレイ注入 ライン第一ベント弁	R/A 1F RHR(A)バルブ室	R-1F-9
E11-F513Y	RHR ヘッドスプレイ注入 ライン第二ベント弁	R/A 1F RHR(A)バルブ室	R-1F-9
G41-F022	FPC RHR 供給連絡弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3
G41-F023	FPC RHR 戻り連絡弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3
G41-F520	FPC RHR 供給連絡ライン ベント弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3
G41-F523	FPC RHR 戻り連絡ライン ベント弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3

表 4 残留熱除去系 B 系の操作対象弁

操作対象弁			
弁番号	弁名	設置場所	防護区画
E11-F025B	RHR B 系封水入口弁	R/A 1F 西側通路	R-1F-5
E11-F029B	RHR B 系 FPC 吸込連絡弁	R/A B3F RHR ポンプ室(B)室	R-B3F-6
E11-F030B	RHR B 系 FPC 供給連絡弁	R/A MB1F RHR(B)バルブ室	R-MB1F-3
E11-F503BX	RHR 熱交換器(B)管側入口第一 ベント弁	R/A 1F RHR 熱交換器(B)室	R-1F-11
E11-F503BY	RHR 熱交換器(B)管側入口第二 ベント弁	R/A 1F RHR 熱交換器(B)室	R-1F-11
E11-F506BX	RHR B 系停止時冷却吸込 ライン第一ベント弁	R/A 上部トールラス室(90°)	R-B2F-7
E11-F506BY	RHR B 系停止時冷却吸込 ライン第二ベント弁	R/A 上部トールラス室(90°)	R-B2F-7
E11-F512BX	RHR B 系格納容器スプレイラ イン第一ベント弁	R/A 1F RHR(B)バルブ室	R-1F-8
E11-F512BY	RHR B 系格納容器スプレイラ イン第二ベント弁	R/A 1F RHR(B)バルブ室	R-1F-8
G41-F022	FPC RHR 供給連絡弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3
G41-F023	FPC RHR 戻り連絡弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3
G41-F520	FPC RHR 供給連絡ライン ベント弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3
G41-F523	FPC RHR 戻り連絡ライン ベント弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3

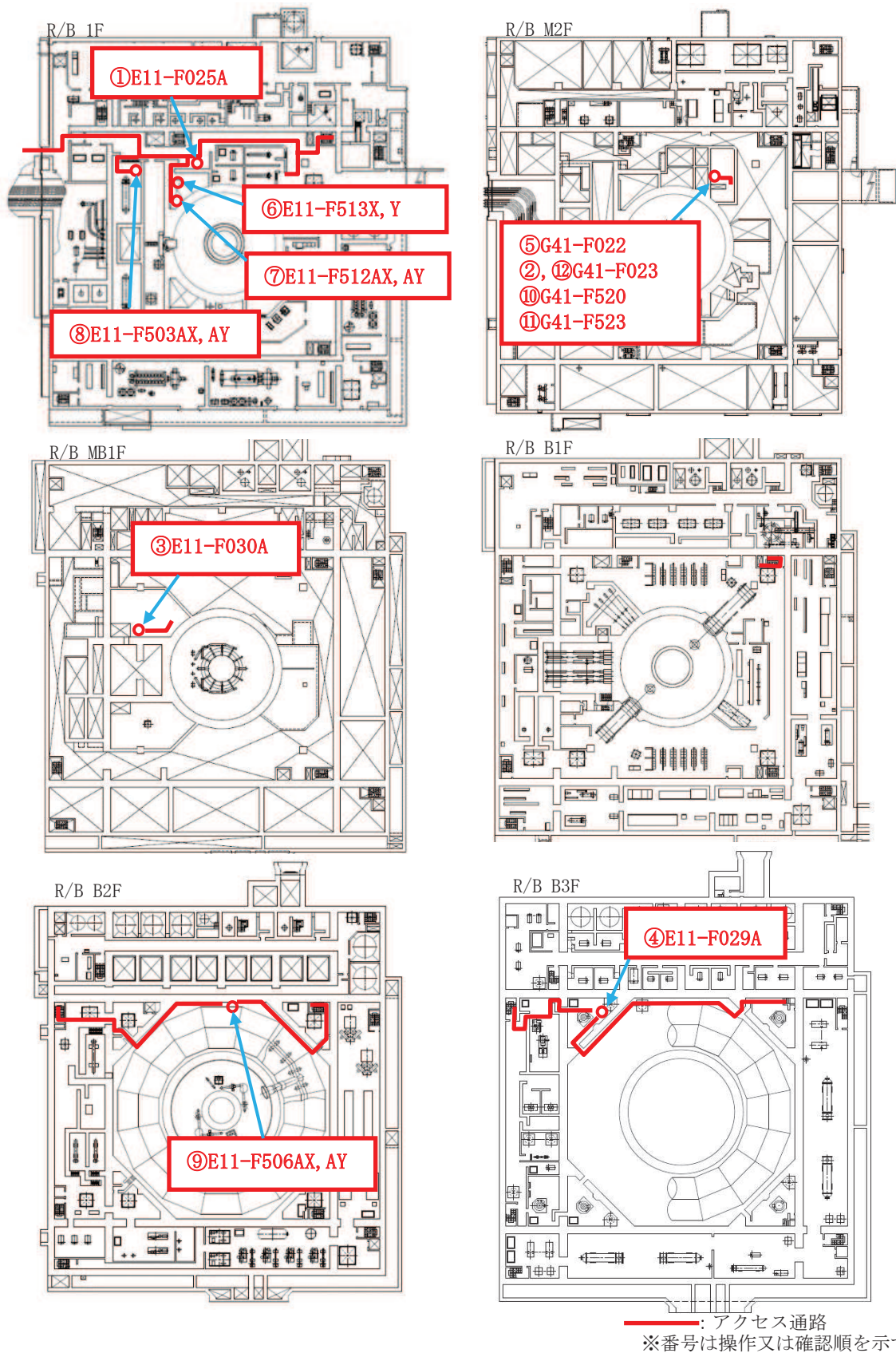


図 2 残留熱除去系 A 系への切替操作時におけるアクセス通路

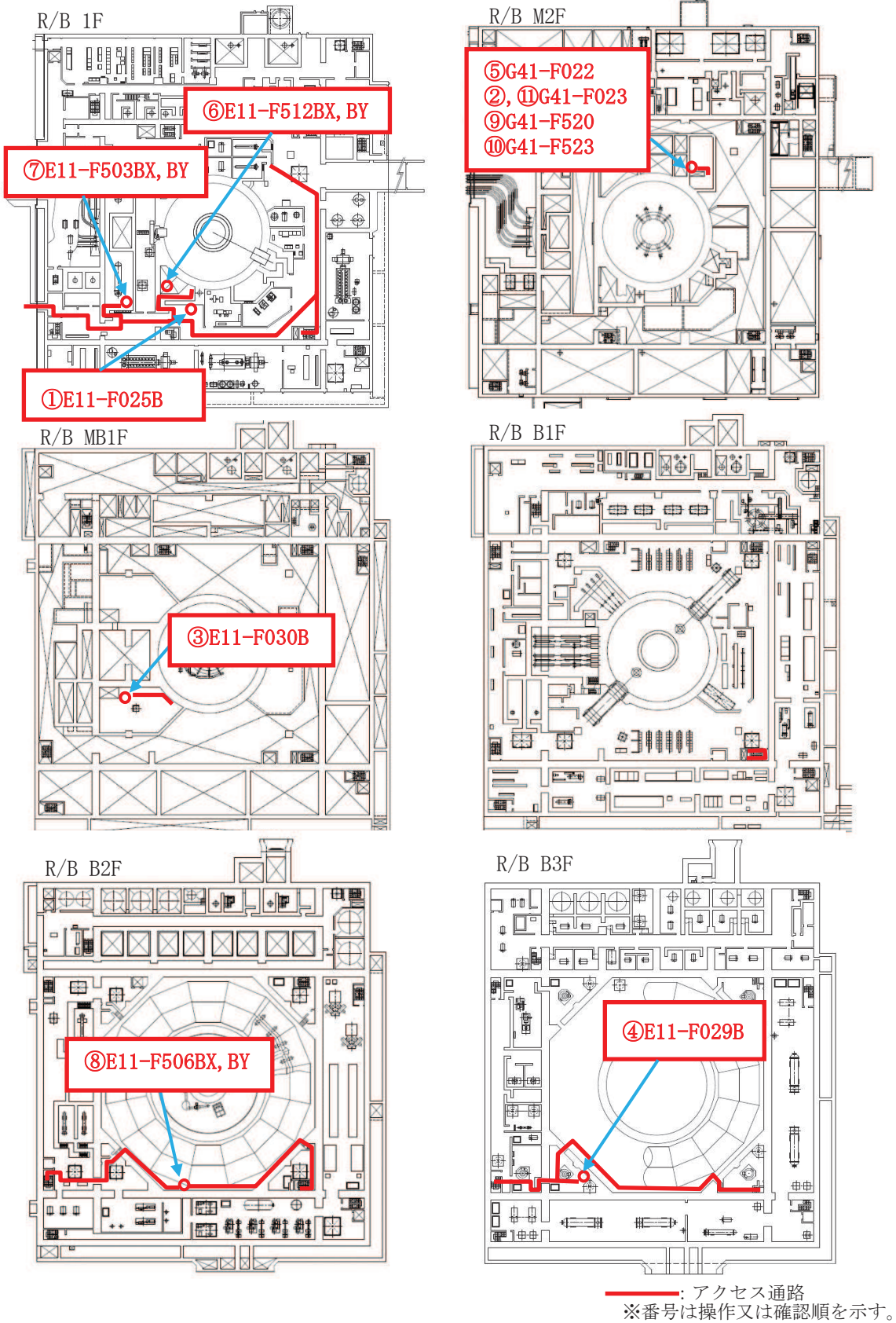


図3 残留熱除去系B系への切替操作時におけるアクセス通路

表5 残留熱除去系への切替時におけるアクセス通路の溢水水位（冷却機能喪失時）

発生区画	想定破損	使用済燃料プール				アクセス 通路上の 最大水位 (m)	アクセス 可否
		冷却機能					
		FPC		RHR			
		A系	B系	A系	B系		
R-3F-1	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-2F-2	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-M2F-3	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-MB1F-1	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-MB1F-3	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-1F-5	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-1F-9	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-1F-8	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-B1F-13	FPC	×	×	○	○	0	可
R-1F-3	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-1F-3	RCW(A)	×	×	×	○	0.3	可
R-1F-3	RCW(B)	×	×	○	×	0.3	可
R-1F-4	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-1F-7	FPC	×	×	○	○	0.3	可
R-B1F-1	FPC	×	×	○	○	0	可
R-B2F-7	FPC	×	×	○	○	0.2	可
R-B2F-2	FPC	×	×	○	○	0.2	可
R-B3F-3	FPC	×	×	○	○	0.2	可
R-B3F-6	FPC	×	×	○	×	0.2	可
R-B3F-10	FPC	×	×	○	○	0.2	可

(2) 燃料プール補給水系の機能が喪失した場合（補給機能喪失時）

残留熱除去系への切替時に操作が必要となる弁を表 6, 7 に示す。また、アクセス通路及びアクセス通路における溢水水位について図 4, 5 及び表 8 に示す。

表 6 残留熱除去系 A 系の操作対象弁

操作対象弁			
弁番号	弁名	設置場所	防護区画
E11-F030A	RHR A 系 FPC 供給連絡弁	R/A MB1F RHR (A) バルブ室	R-MB1F-1
G41-F023	FPC RHR 戻り連絡弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3

表 7 残留熱除去系 B 系の操作対象弁

操作対象弁			
弁番号	弁名	設置場所	防護区画
E11-F030B	RHR B 系 FPC 供給連絡弁	R/A MB1F RHR (B) バルブ室	R-MB1F-3
G41-F023	FPC RHR 戻り連絡弁	R/A 1F FPC 熱交換器上室	R-M2F-3

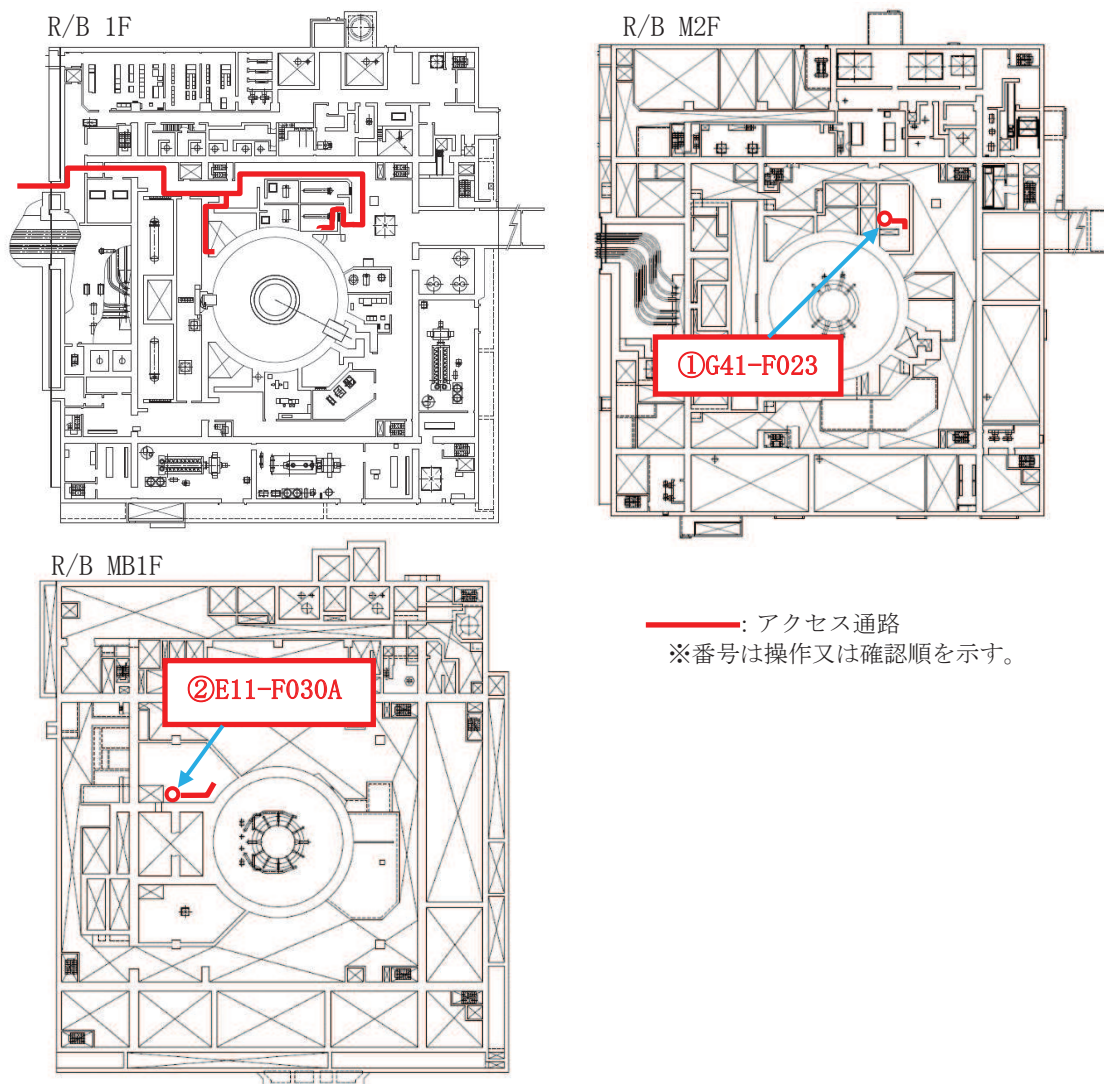


図4 残留熱除去系 A 系への切替操作時におけるアクセス通路

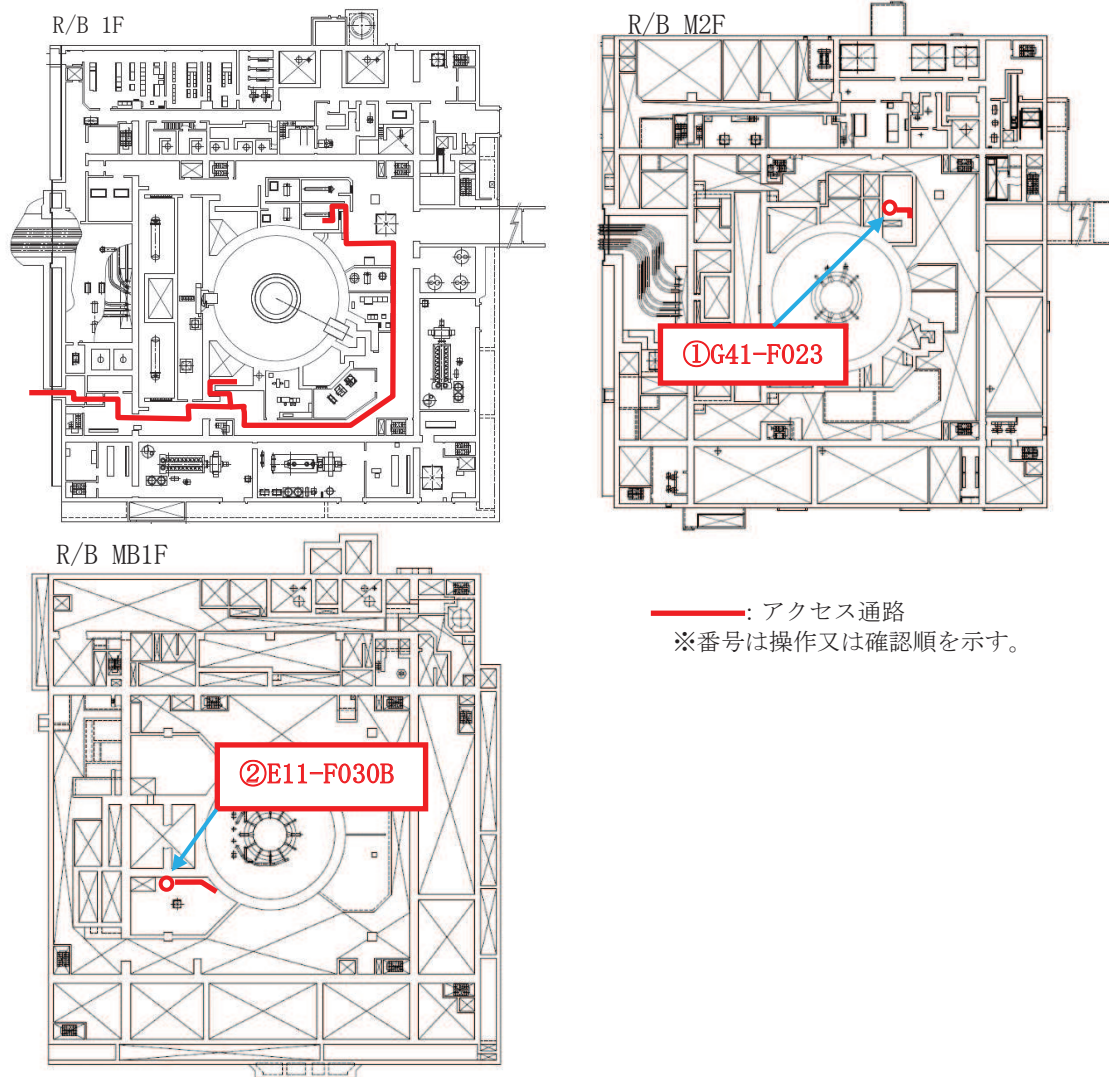


図5 残留熱除去系B系への切替操作時におけるアクセス通路

表 8 残留熱除去系への切替時におけるアクセス通路の溢水水位（給水機能喪失時）（1/2）

発生区画	想定破損	使用済燃料プール			アクセス 通路上の 最大水位 (m)	アクセス 可否
		給水機能				
		FPMUW	RHR			
A系	B系					
R-3F-1	FPMUW	×	○	○	0.3	可
R-3F-1	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-3F-1	HECW(B)	×	○	×	0.3	可
R-2F-1-3	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-2F-3	FPMUW	×	○	○	0.3	可
R-2F-3	HECW(B)	×	○	×	0.3	可
R-2F-3	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-2F-3	HPCW	×	○	○	0.3	可
R-M2F-3	FPMUW	×	○	○	0.3	可
R-M2F-3	RCW(B)	×	○	×	0.3	可

表 8 残留熱除去系への切替時におけるアクセス通路の溢水水位（給水機能喪失時）（2/2）

発生区画	想定破損	使用済燃料プール			アクセス 通路上の 最大水位 (m)	アクセス 可否
		給水機能				
		FPMUW	RHR			
	A系	B系				
R-1F-3	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-1F-5	FPMUW	×	○	○	0.3	可
R-1F-5	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-1F-5	HPCW	×	○	○	0.3	可
R-1F-6	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-1F-2	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-1F-4	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-1F-11	RCW(B)	×	○	×	0.3	可
R-1F-11	RHR(B)	×	○	×	0.3	可

現場操作時の線量影響について

現場操作が必要な場合であり、漏えい時に作業環境が線量の観点から厳しくなる溢水源としては、使用済燃料プール水又はサプレッションプール水が考えられる。これら溢水源が内包する放射能濃度は、表 1 に示すとおり約 $1.1 \sim 3.7 \times 10^2$ Bq/cm³ であり、実効線量としては約 $6.5 \times 10^{-4} \sim 5.0 \times 10^{-1}$ mSv となる。評価結果は、緊急作業時における許容実効線量である 100mSv を下まわっており、隔離操作等において支障がないことを確認した。実効線量の評価結果について、表 1 に示す。

なお、放射性物質を内包する溢水源の中で、漏えい時に環境中の線量率が最も厳しくなる系統は、原子炉冷却材浄化系であるが、本系統は自動隔離が可能であり現場での操作が不要であることから対象外としている。

表 1 実効線量評価結果

溢水源	使用済燃料プール水 (FPC)	サプレッションプール水 (RHR)
放射能濃度	約 1.1 Bq/cm ³	約 3.7×10^2 Bq/cm ³
現場操作時間	漏えい箇所の特定時間：35 分* ¹ 漏えい箇所の隔離時間：10 分* ²	
	系統切替操作時間：15 分* ³	—
隔離操作後の 移動時間	原子炉建屋原子炉棟からの退域時間：10 分	
実効線量	約 6.5×10^{-4} mSv	約 5.0×10^{-1} mSv

注記*1：原子炉建屋原子炉棟全域の確認に要する時間（補足説明資料 9.21 参照）

*2：現場での隔離箇所特定及び隔離操作に要する時間に対し、保守的に設定した時間（検証時間は、補足説明資料 9.21 参照）

*3：使用済燃料プールの冷却機能・給水機能喪失時における、現場での残留熱除去系への切替操作時間

アクセス通路上における漂流物対策状況について

代表例として、残留熱除去系 A 系への切替操作時におけるアクセス通路上の漂流物対策状況を図 1 に示す。

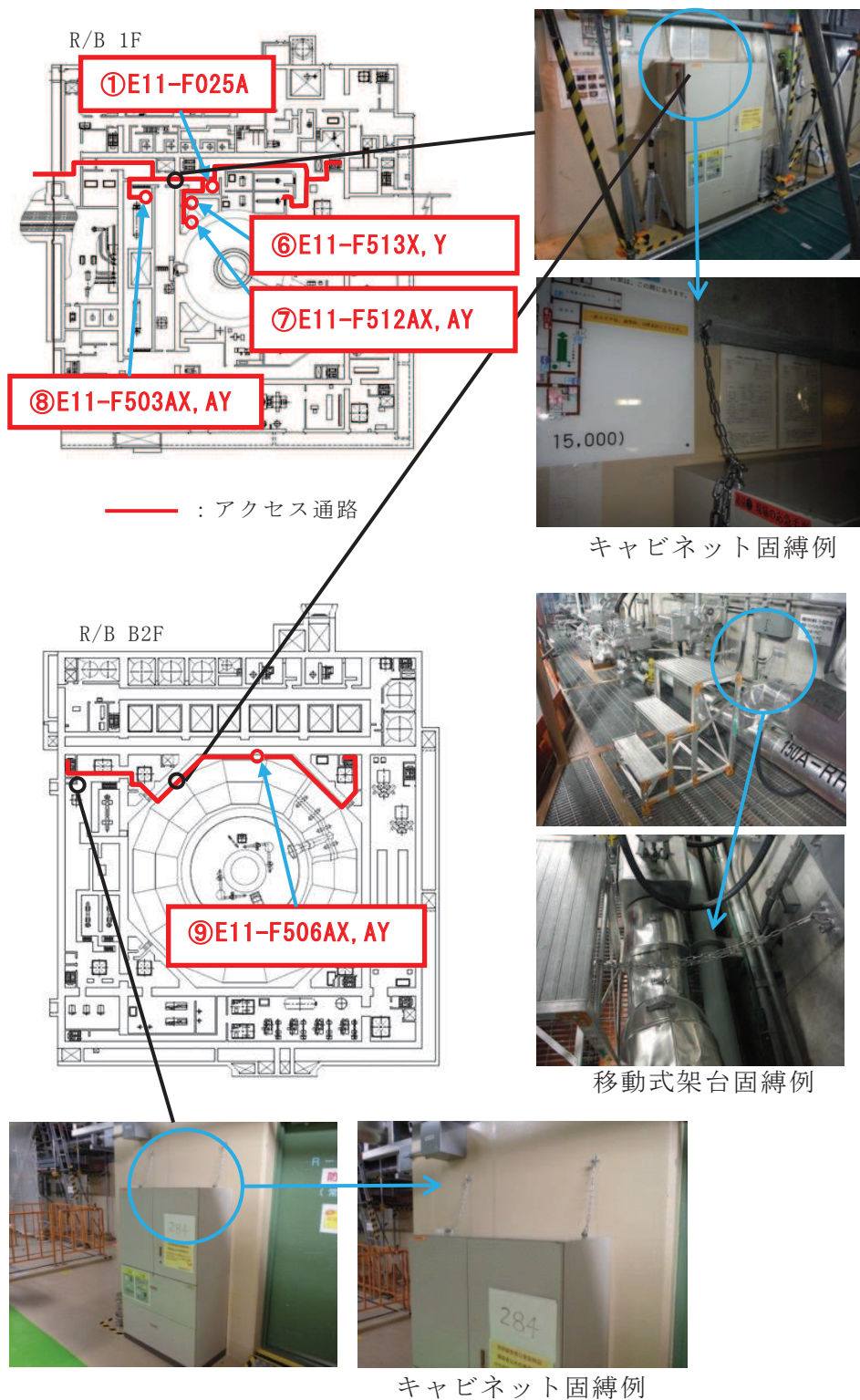


図 1 漂流物対策状況 (1/2)

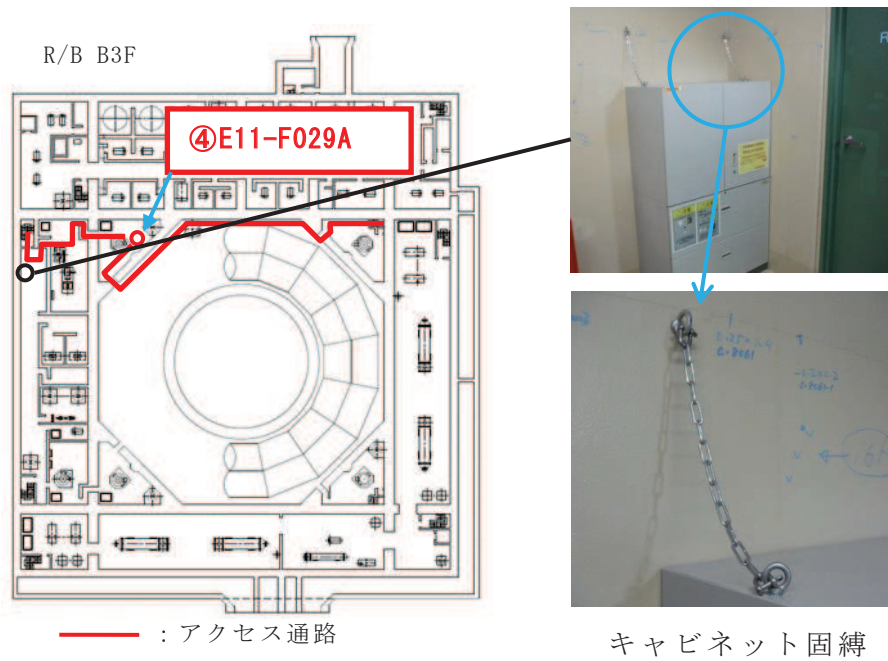


図 1 漂流物対策状況 (2/2)

9.20 ほう酸水漏えい等による影響について

溢水影響評価の中で、防護対象機器及びアクセス性に影響を与える可能性がある薬品として、抽出された薬品の影響について下記に示す。

1. ほう酸水（五ほう酸ナトリウム溶液）の漏えいによる影響

ほう酸水注入系からの溢水は以下のように設定しており、ほう酸水漏えいによる防護対象設備及びアクセス性への影響はない。ほう酸水注入系の系統概略について図 9.20-1 に示す。

- (1) ほう酸水注入系からの溢水量算出に当たっては、待機状態を想定している。
（常時「閉」の弁にてほう酸水注入系貯蔵タンクとは隔離されている）
- (2) ほう酸水注入系は待機状態において純水により封水されていることから、純水の漏えいを想定している。
- (3) ほう酸水注入系貯蔵タンクは、最高使用圧力が静水頭であるため、破損を想定する必要はない。（想定破損は除外）
- (4) ほう酸水注入系は耐震Sクラスであるため、地震時溢水は考慮不要である。
- (5) 万一、ほう酸水注入系貯蔵タンクが破損した場合においても、タンク容量を貯留可能な堰が設置されていること、また、当該区画には床ドレン系が設置されていないことから、他区画にほう酸水が拡散することはない。
- (6) なお、ほう酸水注入系の系統保有水量には、保守的にほう酸水注入系貯蔵タンクの容量（20.2m³）を含めて算出している。

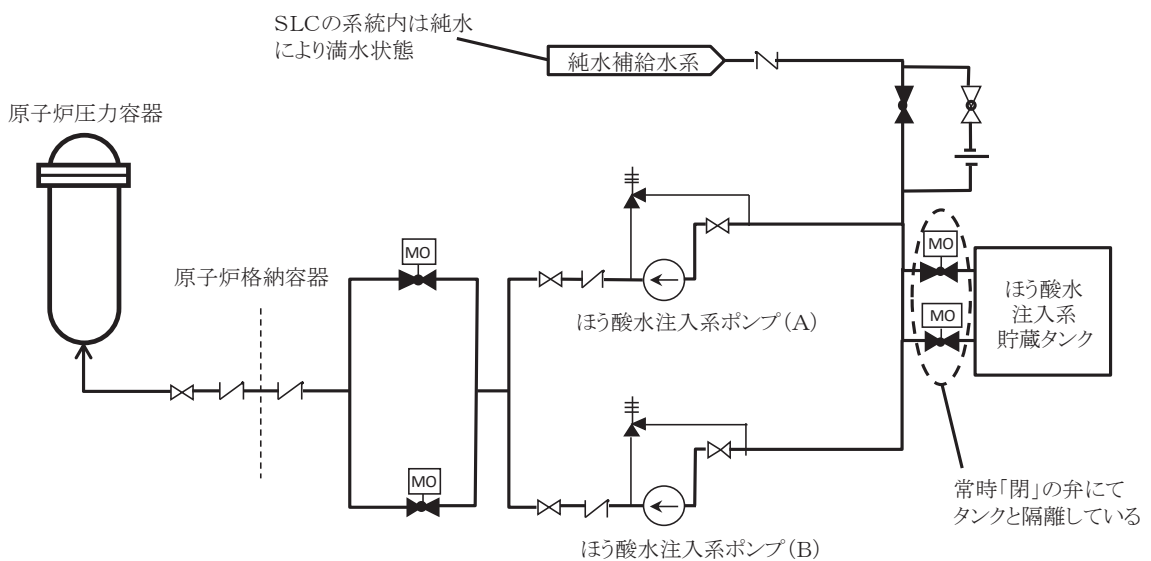


図 9.20-1 ほう酸水注入系 系統概略図

2. 化学薬品漏えいによる影響

(1) 分析用の薬品による影響

女川2号機に化学分析室はなく、分析用の薬品による影響はない。

(2) その他化学薬品による影響

a. 屋内

溢水源の中で、薬品等を含むことで化学的な特性を持ち、防護対象設備に影響を与える可能性のあるものとして、ほう酸水の他に防食剤がある。

防食剤については、原子炉補機冷却系のような閉ループとなっている系統に注入されているが、濃度は十分に低いことから、防護対象設備及びアクセス性への影響はない。また、防護具を配備し、必要に応じ活用する。

なお、中和装置には苛性ソーダ及び硫酸が存在するが、いずれも原子炉建屋付属棟（廃棄物処理エリア）に設置されており、防護対象設備が設置されていないことから、これらが影響を及ぼすことはない。

また、現在想定している溢水源中の薬品の他に、個別の容器等の形で保管されている薬品が存在するが、アクセスルートに影響のある場所に保管されておらず、またプラスチック容器に保管されており、万が一、漏えいが発生した場合においても、ごく少量であることからアクセス性への影響はない。

b. 屋外

屋外薬品タンクから漏えいした場合でも、以下の理由により防護対象設備及びアクセス性への影響はない。女川原子力発電所にある屋外タンクのうち、評価が必要な薬品タンクを表 9.20-1 に示す。

表 9.20-1 屋外薬品タンク

タンク名称	基数	設置高さ(m)	容量(m ³)	評価に用いる容量(m ³)
第1号機復水浄化系復水脱塩装置硫酸貯槽	1	O.P. +16.1	5.4	5.4
第1号機復水浄化系復水脱塩装置苛性ソーダ貯槽	1	O.P. +16.2	20	20
硫酸貯槽	1	O.P. +17.3	3.9	3.9
苛性ソーダ貯槽	1	O.P. +15.7	7	7
H塔再生用硫酸貯留槽	1	O.P. +16.8	0.3	0.3

- (a) 屋外薬品タンクから溢水した場合，大部分は防液堤内に流下する。
- (b) 仮に防液堤外に漏えいした場合でも，給排水処理建屋等の外周の側溝に流入する。
- (c) 地震起因により屋外薬品タンクが転倒（損傷）した場合でも，屋外タンク溢水量の総量（ 19700m^3 ）に対して，薬品タンクの容量（ 36.6m^3 ）はわずかであり濃度は十分に低いことから，防護対象設備及びアクセス性への影響はない。また，防護対象設備が設置されている建屋・エリアとは離隔されているため，影響はない。
- (d) 防護具を配備し，必要に応じ活用する。

9.21 漏えい系統の隔離時間及び溢水量評価について

溢水の発生後、溢水を検知し隔離するまでの隔離時間を手動隔離及び自動隔離について以下のとおり設定した。

1. 隔離までの時間設定

(1) 自動隔離

以下の系統については、配管破断を検知し、各種インターロック等により自動隔離が期待できることから、溢水発生から隔離までの所要時間を個別に設定した。

a. 給復水系(C_FDW)

主蒸気トンネル室内の給水系配管が破断すると、主蒸気トンネル室内に蒸気が充満し、『主蒸気トンネル室漏えい』警報が発信し、インターロックにより主蒸気隔離弁が自動閉止する。そのため、隔離時間は『主蒸気トンネル室漏えい』警報が発信するまでの時間（4 秒）及び主蒸気隔離弁が閉止するまでの時間（5 秒）の合算値に余裕を見て 20 秒とした。

b. 原子炉冷却材浄化系(CUW)

原子炉冷却材浄化系の配管が破断すると、系統の入口と出口の差流量を検出し『CUW 系 流量大』警報を発信し、インターロックによりポンプ吸込側隔離弁が自動閉止する。そのため、隔離時間は、差流量検出までの時間（15 秒）及び隔離弁全閉時間（30 秒）の合算値に余裕を見て 60 秒と設定した。

(2) 手動隔離

手動隔離に期待する隔離時間については、溢水ガイドを参考に、80 分として評価を行っているが、漏えい検知、漏えい箇所特定及び弁操作等により、下記(1)～(4)を組合せて算定し、実際の隔離時間について確認を行った。なお、(2)～(4)については現場での確認を行った。

a. 漏えい発生から漏えい検知までの時間

床ドレンファンネルがある区画は、ドレンサンプの警報により検知するまでの時間を算出し、床ドレンファンネルがなく、漏えい検知器によって溢水を検知する場合は、漏えい検知器による検知に要する時間を算出した。

b. 現場への移動時間

中央制御室から現場への移動時間について確認を行った。また、管理区域の場合は着替えの時間を考慮した。

c. 漏えい箇所特定に要する時間

漏えい箇所特定に要する時間は、当該エリア全域確認に要する時間とした。

d. 隔離操作時間

中央制御室での隔離操作に要する時間，現場での隔離箇所特定に要する時間及び現場での隔離操作に要する時間を確認した。なお，隔離対象となる弁等について，実操作が出来ない場合は，同口径，同型式の類似弁にて確認を行った。

2. 漏えい箇所の隔離に必要な時間例（手動隔離）

隔離時間は，上記の漏えい検知の有無，漏えい箇所特定及び弁操作等により確認し，ガイドの記載である 80 分として評価を行っている。

以下に，原子炉建屋内の残留熱除去系(A) (RHR(A)) 及び制御建屋の所内用水系の隔離時間の評価例を示す。

(1) 残留熱除去系の例

a. 漏えい発生から漏えい検知までの時間

漏えい発生から漏えい検知までの時間については，

①建屋内排水系のサンプ警報発信までの時間

②漏えい検知器による検知に要する時間

があるが，当該系統の想定破損による溢水を考慮する区画には床ドレンファンネルがあることから，ここでは建屋内排水系のサンプ警報発信までの時間を算定する。サンプ及びサンプポンプの仕様を表 9.21-1 に，漏えい検知までの時間を表 9.21-2 に示す。

表 9.21-1 サンプ及びサンプポンプ仕様

	放射性ドレン移送系
サンプポンプ*1 定格流量 (m ³ /h)	10
サンプ容量(水位低～水位高) (m ³)	2.49
サンプ容量(水位高～水位高高) (m ³)	0.25

注記*1：サンプ水位高でサンプポンプ 1 台起動

表 9.21-2 漏えい検知までの時間

系統	漏えい流量 (m ³ /h)	床ドレン排水流量 (m ³ /h)	漏えい検知（水位高警報発信）ま での時間（分）
RHR (A)	143* ¹	26* ²	6.7* ³

注記*1：漏えい流量算出値については、「5. 個別の設定根拠について」を参照

*2：80A 配管 1 本あたりの排水量（「5. 個別の設定根拠について」参照）

*3：警報発生までの時間は以下の合計値

水位低～水位高 $2.49\text{m}^3 \div 26\text{m}^3/\text{h} \times 60 \text{分} = 5.75 \text{分}$

水位高～水位高高 $0.25\text{m}^3 \div (26-10)\text{m}^3/\text{h} \times 60 \text{分} = 0.94 \text{分}$

b. 現場への移動時間

建屋内排水系サンプ警報の発生により，中央制御室にて原子炉建屋内で漏えいを検知してから中央制御室から原子炉建屋までの移動時間について確認を行った。また，当該エリアは管理区域のため着替えの時間を考慮した。管理区域内の現場への移動時間について表 9.21-3 に示す。

表 9.21-3 現場への移動時間

	中央制御室から漏えい現場ま での移動時間（分）	着替えに要する時間（分） （管理区域内の場合）
原子炉建屋 原子炉棟	2	5

c. 漏えい箇所特定に要する時間

漏えい箇所特定手段がないとし，ドレンサンプ流入区画である原子炉建屋原子炉棟の全域確認を実施した。漏えい箇所特定に要する時間について表 9.21-4 に示す。

表 9.21-4 漏えい箇所特定に要する時間

	漏えい箇所特定に要する時間 （分）	備 考
原子炉建屋原 子炉棟	35	原子炉建屋原子炉棟の全域確 認に要する時間

d. 弁操作時間

中央制御室での隔離操作に要する時間，隔離対象箇所確認までの時間及び隔離の操作時間について確認した。なお，隔離操作時間について，実操作ができない場合は，代替での検証で隔離操作時間を確認した。（例：同じ口径型式の弁にて閉操作を実施）

- (a) 中央制御室での隔離操作に要する時間：6分（2弁）
- (b) 現場での漏えい箇所隔離弁の特定に要する時間：2分（1弁）
- (c) 現場での弁操作に要する時間：1分（1弁）

e. 評価結果

(1)～(2)より，RHR(A)の原子炉建屋内の想定破損時における隔離時間は，58分であり，評価として使用している80分の隔離時間以内であることを確認した。

<原子炉建屋 RHR(A)系の例>

- ① 漏えい発生から漏えい検知までに要する時間：7分
- ② 漏えい検知から現場への移動時間：7分
- ③ 漏えい箇所特定に要する時間：35分
- ④ 隔離操作時間：9分
 - (a)中央制御室での隔離操作に要する時間：(6分)
 - (b)現場での隔離箇所特定に要する時間：(2分)
 - (c)現場での隔離操作に要する時間：(1分)
- ⑤ 循環水ポンプ停止時間：一分

合計：58分

(2) 所内用水系の例

a. 漏えい発生から漏えい検知までの時間

漏えい発生から漏えい検知までの時間については、

①建屋内排水系のサンプ警報発信までの時間

②漏えい検知器による検知に要する時間

があるが、当該系統の系統漏えい量(9.1m³/h)はサンプポンプ定格流量(10m³/h)よりも小さく、発生した溢水は全量排水され防護対象設備への影響はないことから、ここでは漏えい検知器による検知に要する時間を算定する。床面積や漏えい検知器検出高さを踏まえ、検知時間が最も長い算定結果を表 9.21-5 に示す。

表 9.21-5 漏えい検知器による検知時間

区画	床面積 (m ²)	漏えい検知器 検出高さ (mm)	系統漏えい量 (m ³ /h)	漏えい検知まで の時間 (分)
C-1F-3	32.8* ¹	30* ²	9.1* ³	6.5

注記*1：漏えい検知に要する時間の算出に関しては、機器占有率に応じた係数を乗じる前の床面積を用いる。なお、没水影響評価の際には、機器占有率に応じた係数を床面積に乗じた値を滞留面積としている。

*2：床上 20mm で検知する設計としているが、保守的に 30mm で検知するものとする。

*3：漏えい流量算出値については、「5. 個別の設定根拠について」を参照。

b. 現場への移動時間

中央制御室及び漏えい箇所は共に制御建屋であることから、現場への移動時間については考慮しない。

c. 漏えい箇所特定に要する時間

漏えい箇所特定手段がないとし、制御建屋の全域確認を実施した。漏えい箇所特定に要する時間について表 9.21-6 に示す。

表 9.21-6 漏えい箇所特定に要する時間

	漏えい箇所特定に要する時間 (分)	備考
制御建屋	22	制御建屋の全域確認に 要する時間

d. 弁操作時間

中央制御室での隔離操作に要する時間、隔離対象箇所確認までの時間及び隔離の操作時間について確認した。なお、隔離操作時間について、実操作ができない場合は、代替での検証で隔離操作時間を確認した。(例：同じ口径型式の弁にて閉操作を実施)

- (a) 中央制御室での隔離操作に要する時間：- (該当なし)
- (b) 現場での漏えい箇所隔離弁の特定に要する時間：5分 (1弁)
- (c) 現場での弁操作に要する時間：2分 (1弁)

e. 評価結果

(1)～(4)より、所内用水系の制御建屋内の想定破損時における隔離時間は、36分であり、評価として使用している80分の隔離時間以内であることを確認した。

<制御建屋 所内用水系の例>

- ① 漏えい発生から漏えい検知までに要する時間：7分
- ② 漏えい検知から現場への移動時間：一分
- ③ 漏えい箇所特定に要する時間：22分
- ④ 隔離操作時間：7分
 - (a)中央制御室での隔離操作に要する時間：(一分)
 - (b)現場での隔離箇所特定に要する時間：(5分)
 - (c)現場での隔離操作に要する時間：(2分)
- ⑤ 循環水ポンプ停止時間：一分

合計：36分

3. 各系統の漏えい箇所の隔離に必要な時間

上記と同様に、各系統の想定破損における漏えい箇所の隔離に必要な時間を纏めた結果を表9.21-7～表9.21-12に示す。なお、緊急時対策建屋は系統保有水全量を最終的な溢水量としており、溢水量算出のパラメータとしていないこと、及び緊急用電気建屋は溢水源がないため評価上、隔離時間の影響はない。各系統の隔離時間を踏まえた系統別溢水量算出結果を表9.21-13～表9.21-18に示す。

また、浸水時の歩行速度への影響について別紙に示す。

表 9.21-7 原子炉建屋原子炉棟の想定破損における隔離時間

対象系統	①*1	②	③	④			⑤	合計
				(a)	(b)	(c)		
CRD	8	7	35	2	15	6	-	73
SLC	13	7	35	-	4	1	-	60
RHR (A)	7	7	35	6	2	1	-	58
RHR (B)	7	7	35	6	2	1	-	58
RHR (C)	7	7	35	6	2	1	-	58
LPCS	7	7	35	4	5	1	-	59
HPCS	7	7	35	4	5	1	-	59
RCIC	7	7	35	4	-	-	-	53
FPC	7	7	35	4	3	2	-	58
MUWP	9	7	35	2	16	10	-	79
MUWC	7	7	35	2	12	15	-	78
FW	7	7	35	-	17	6	-	72
FPMUW	12	7	35	-	8	2	-	64
HNCW	7	7	35	4	6	1	-	60
HECW (A)	7	7	35	4	3	1	-	57
HECW (B)	7	7	35	4	3	1	-	57
RCW (A)	7	7	35	2	3	1	-	55
RCW (B)	7	7	35	2	3	1	-	55
HPCW	7	7	35	2	4	1	-	56
HWH	7	7	35	4	3	1	-	57
FP	9	7	35	-	19	2	-	72
DGDO (A)	17	7	35	-	12	1	-	72

注記*1: 漏えい検知器による検知を期待する区画があることから、漏えい検知器又はサンプ警報による検知のうち、検知時間が長いものを記載する。

- ①漏えい発生から漏えい検知までに要する時間 (分)
- ②漏えい検知から現場への移動時間 (分)
- ③漏えい箇所特定に要する時間 (分)
- ④隔離操作時間 (分)
 - (a)中央制御室での隔離操作に要する時間
 - (b)現場での隔離箇所特定に要する時間
 - (c)現場での隔離操作に要する時間
- ⑤循環水ポンプ停止時間 (分)

表 9.21-8 原子炉建屋付属棟の想定破損における隔離時間

対象系統	①*1	②	③	④			⑤	合計
				(a)	(b)	(c)		
FW	7	-	22	-	24	6	-	59
HNCW	7	-	22	4	13	1	-	47
HECW(A)	7	-	22	4	10	1	-	44
HECW(B)	7	-	22	4	10	1	-	44
RCW(A)	7	-	22	2	10	1	-	42
RCW(B)	7	-	22	2	10	1	-	42
RSW(A)	7	-	22	2	14	2	-	47
RSW(B)	7	-	22	2	14	2	-	47
HPCW	7	-	22	2	11	1	-	43
HPSW	7	-	22	2	11	1	-	43
HWH	7	-	22	4	12	1	-	46
DGCW(A)	30*2	-	22	-	6	2	-	60
DGCW(B)	30*2	-	22	-	6	2	-	60
DGCW(H)	30*2	-	22	-	6	2	-	60
DGDO(A)	21*2	-	22	-	5	1	-	49
DGDO(B)	21*2	-	22	-	5	1	-	49
DGDO(H)	21*2	-	22	-	5	1	-	49
FP	9	-	22	-	26	2	-	59

注記*1：漏えい検知器による検知を期待する区画があることから、漏えい検知器又はサンプ警報による検知のうち、検知時間が長いものを記載する。

*2：漏えい検知器による検知時間を記載。

- | |
|--|
| ①漏えい発生から漏えい検知までに要する時間（分）
②漏えい検知から現場への移動時間（分）
③漏えい箇所特定に要する時間（分）
④隔離操作時間（分）
(a)中央制御室での隔離操作に要する時間
(b)現場での隔離箇所特定に要する時間
(c)現場での隔離操作に要する時間
⑤循環水ポンプ停止時間（分） |
|--|

表 9.21-9 制御建屋の想定破損における隔離時間

対象系統	①* ¹	②	③	④			⑤	合計
				(a)	(b)	(c)		
MUWP	8	-	22	-	6	4	-	40
HNCW	7	-	22	4	13	1	-	47
HECW (A)	7	-	22	4	10	1	-	44
HECW (B)	7	-	22	4	10	1	-	44
HWH	7	-	22	4	12	1	-	46
FP	9	-	22	-	37	10	-	78
所内用水	7* ²	-	22	-	5	2	-	36

注記*1: 漏えい検知器による検知を期待する区画があることから、漏えい検知器又はサンプル警報による検知のうち、検知時間が長いものを記載する。

*2: 漏えい検知器による検知時間を記載。

- | |
|---|
| <ul style="list-style-type: none"> ①漏えい発生から漏えい検知までに要する時間 (分) ②漏えい検知から現場への移動時間 (分) ③漏えい箇所特定に要する時間 (分) ④隔離操作時間 (分) <ul style="list-style-type: none"> (a)中央制御室での隔離操作に要する時間 (b)現場での隔離箇所特定に要する時間 (c)現場での隔離操作に要する時間 ⑤循環水ポンプ停止時間 (分) |
|---|

表 9.21-10 海水ポンプエリア、復水貯蔵タンクエリアの想定破損における隔離時間

対象系統	①* ¹	②	③	④			⑤	合計
				(a)	(b)	(c)		
CW	24	10	10	-	-	-	15	59
FW* ²	178* ⁴	10	10	-	6	2	-	206
TCW* ³	-	10	10	-	11	2	-	-
RSW (A)	8* ⁴	10	10	2	6	2	-	38
RSW (B)	22* ⁴	10	10	2	6	2	-	52
TSW	12* ⁴	10	10	2	-	-	-	34
HPSW	8* ⁴	10	10	2	6	2	-	38
MUWC	1* ⁴	7	5	2	4	6	-	25

注記*1: 漏えい検知器による検知を期待する区画があることから、漏えい検知器又はサンプ警報による検知のうち、検知時間が長いものを記載する。

*2: FWについては、隔離時間 206 分として、評価を実施する。

*3: 系統漏えい流量(13.9m³/h)に対して、開口から取水槽へ排水されるため(9m³/h×3箇所)、防護対象設備への影響はないが、隔離時間 80 分として評価を実施する。

*4: 漏えい検知器による検知時間を記載。

表 9.21-11 軽油タンクエリアの想定破損における隔離時間

対象系統	①* ¹	②	③	④			⑤	合計
				(a)	(b)	(c)		
DGDO (A)	4	5	15	-	20	2	-	46
DGDO (B)	4	5	15	-	20	2	-	46
DGDO (H)	4	5	15	-	20	2	-	46

注記*1: 漏えい検知器による検知時間を記載。

- | |
|---|
| <p>①漏えい発生から漏えい検知までに要する時間 (分)</p> <p>②漏えい検知から現場への移動時間 (分)</p> <p>③漏えい箇所特定に要する時間 (分)</p> <p>④隔離操作時間 (分)</p> <p>(a) 中央制御室での隔離操作に要する時間</p> <p>(b) 現場での隔離箇所特定に要する時間</p> <p>(c) 現場での隔離操作に要する時間</p> <p>⑤循環水ポンプ停止時間 (分)</p> |
|---|

表 9.21-12 原子炉建屋付属棟（廃棄物処理エリア（非管理区域））の想定破損における
隔離時間

対象系統	①	②	③	④			⑤	合計
				(a)	(b)	(c)		
HWH	7	-	27	4	12	1	-	51
HNCW	7	-	27	4	13	1	-	52

- ①漏えい発生から漏えい検知までに要する時間（分）
 ②漏えい検知から現場への移動時間（分）
 ③漏えい箇所特定に要する時間（分）
 ④隔離操作時間（分）
 (a)中央制御室での隔離操作に要する時間
 (b)現場での隔離箇所特定に要する時間
 (c)現場での隔離操作に要する時間
 ⑤循環水ポンプ停止時間（分）

表 9. 21-13 原子炉建屋原子炉棟及び付属棟 系統別溢水量

対象系統		系統保有水量 (m ³) W2	系統漏えい 量(m ³) W1	系統溢水量 (m ³) W (=W1 + W2)	手動隔離を期待 (他系統との接 続補給ラインあ り)
B21	FDW	44	432	476	— (自動隔離)
C12	CRD	22	31	53	○
C41	SLC	44	21	65	○
E11	RHR	46	191	237	○
E21	LPCS	11	255	266	○
E22	HPCS	44	351	395	○
E51	RCIC	11	179	190	○
G31	CUW	36	103	139	— (自動隔離)
G41	FPC	90	70	160	○
K11	RD	55	0	55	—
K12	LCW	33	0	33	—
K13	HCW	33	0	33	—
P11	MUWP	11	30	41	○
P13	MUWC	28	120	148	○
P14	FW	11	54	65	○
P15	FPMUW	12	23	35	○
P24	HNCW	55	8	63	○
P25	HECW	33	8	41	○
P42	RCW	233	32	265	○
P45	RSW	176	182	358	○
P47	HPCW	22	32	54	○
P48	HPSW	22	64	86	○
P64	HWH	22	32	54	○
U43	FP	180	27	207	○
U63	MSC	33	0	33	—
R43, R44	DGCW	22	9	31	○
R43, R44	DGLO	22	0	22	—
R43, R44	DGDO	11	12	23	○

表 9. 21-14 制御建屋 系統別溢水量

対象系統		系統保有水量 (m ³) W2	系統漏えい水量 (m ³) W1	系統溢水量 (m ³) W (=W1+W2)	手動隔離を期待 (他系統との接続補給ラインあり)
P11	MUWP	11	30	41	○
P24	HNCW	22	8	30	○
P25	HECW	33	8	41	○
P62	HS/HSCR	11	0	11	—
P64	HWH	22	32	54	○
U43	FP	180	27	207	○
U63	MSC	22	0	22	—
—	所内用水	55	13	68	○

表 9. 21-15 海水ポンプ室及び復水貯蔵タンクエリア 系統別溢水量

対象系統		系統保有水量 (m ³) W2	系統漏えい水量 (m ³) W1	系統溢水量 (m ³) W (=W1+W2)	手動隔離を期待 (他系統との接続補給ラインあり)
N71	CW	660	1,394	2,054	○
P14	FW	11	77	88	○
P43	TCW	11	19	30	○
P45	RSW	55	146	201	○
P46	TSW	33	222	255	○
P48	HPSW	11	40	51	○
P13	MUWC	33	120	153	○

表 9. 21-16 軽油タンクエリア 系統別溢水量

対象系統		系統保有水量 (m ³) W2	系統漏えい水量 (m ³) W1	系統溢水量 (m ³) W (=W1+W2)	手動隔離を期待 (他系統との接続補給ラインあり)
R43, R44	DGDO	11	12	23	○

表 9. 21-17 原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理エリア (非管理区域)) 系統別溢水量

対象系統		系統保有水量 (m ³) W2	系統漏えい水量 (m ³) W1	系統溢水量 (m ³) W (=W1+W2)	手動隔離を期待 (他系統との接続補給ラインあり)
P24	HNCW	33	8	41	○
P64	HWH	22	32	54	○

表 9.21-18 タービン建屋（管理区域） 系統別溢水量（地震起因）

対象系統		系統保有水量(m ³)	系統漏えい量(m ³)	系統溢水量(m ³)
		W2	W1	W(=W1+W2)
K11	RD	11	0	11
K12	LCW	22	0	22
K13	HCW	22	0	22
K17	SD	22	0	22
K21	SS	55	0	55
N21	C,FDW	649	496	1,145
N22	HD	330	0	330
N26	CF	132	0	132
N27	CD	209	0	209
N32	EHC	11	0	11
N34	LO	198	0	198
N44	SWC	22	0	22
N71	CW	1,200	2,770	3,970
P11	MUWP	11	0	11
P13	MUWC	33	0	33
P14	FW	11	0	11
P24	HNCW	110	0	110
P42	RCW	66	0	66
P43	TCW	231	0	231
P62	HS/HSCR	19	0	19
P64	HWH	33	0	33
U43	FP	180	0	180

地震起因による溢水量(Wの合計値)= 6,843m³

5. 個別の設定根拠について

(1) 残留熱除去系(RHR(A))及び所内用水系の漏えい流量について

漏えい流量については、以下の計算式より求める。なお、低エネルギー配管のため貫通クラックを想定した。RHR(A)の漏えい流量算出結果について表 9.21-18 に示す。

$$Q \text{ (流出流量)} = A \times C \times \sqrt{2 \times g \times H} \times 3600$$

(A: 破断面積(m²), C: 損失係数, g: 重力加速度(m/s²), H: 水頭(m))

表 9.21-19 漏えい流量算出結果 (RHR(A) 及び所内用水系)

系統	RHR(A)	所内用水系
A : 破断面積 (m ²)	9.25 × 10 ⁻⁴ (口径 350A, Sch40)	1.19 × 10 ⁻⁴ (口径 100A, 肉厚 4.5mm)
C : 損失係数	0.82	
g : 重力加速度 (m/s ²)	9.80665	
H : 水頭 (m)	140 (復水補給水系の最高使用 圧力)	34 (高架水槽上端から最下階 床面高さまでの高低差)
Q : 漏えい流量 (m ³ /h)	143	9.1

(2) 床ドレン配管 1 本あたりの排水流量

想定破損時には、ドレン配管は満水流れに近くなるとし、満水時の流量を評価した。下記に示す評価式のとおり、流量は落差が大きくなるほど大きく、圧力損失が大きいほど小さくなる。これより、落差が最も小さくなる原子炉建屋地下 3 階で漏えいが発生した場合 (表 9.21-20) と配管長が最も長くなる地上 3 階で漏えいが発生した場合 (表 9.21-21) について流量評価を実施した。算出結果より、いずれの場合でも 26m³/h 以上流れる結果となった。

$$\text{流量 } Q = A \sqrt{\frac{2gH}{\lambda \frac{L}{d} + \Sigma \xi + 1}}$$

A : 配管断面積 (m²), d : 配管内径 (m), L : 配管長 (m),
 ξ : 各要素の損失係数, λ : 摩擦係数

表 9.21-20 排水流量 (原子炉建屋地下 3 階 (O.P. -8100))

d : 内径 (m)	0.0781	80A, Sch40
λ : 摩擦係数	0.03	
L : 配管長 (m)	30	代表の配管で算出
Σ ξ : 損失係数	4.88	代表の配管で算出 (エルボ及び合流箇所数より算出)
g : 重力加速度	9.8	
H : 落差 (m)	2.43	床レベルとサンプノズル レベル (O.P. -10530) との差
Q : 流量 (m ³ /h)	28.53	

表 9.21-21 排水流量 (原子炉建屋地上 3 階 (O.P. 33200))

d : 内径 (m)	0.0781	80A, Sch40
λ : 摩擦係数	0.03	
L : 配管長 (m)	180	代表の配管で算出
$\Sigma \xi$: 損失係数	14.48	代表の配管で算出 (エルボ及び合流箇所数より算出)
g : 重力加速度	9.8	
H : 落差 (m)	43.73	床レベルとサンプノズル レベル (O.P. -10530) との差
Q : 流量 (m ³ /h)	54.88	

浸水時の歩行速度への影響について

1. 浸水時の歩行速度の算出

(1) 実施内容

- ・水深 340mm における，50m の歩行にかかる時間を計測（10m を 2.5 往復し，計測を実施）
- ・測定は被験者 3 名により実施し，平均速度を算出
- ・調査時は溢水時の防護服を着用する。

(2) 実績

被験者 3 名について，2 回測定を実施した。なお，測定時には水面で初期水位から最大で約 30mm の変動が確認された。浸水時の歩行速度測定結果について表 1 に示す。

表 1 浸水時の歩行速度測定結果

水位	被験者 A		被験者 B		被験者 C		平均歩行速度
	1 回目	2 回目	1 回目	2 回目	1 回目	2 回目	
340mm	57s	55s	63s	57s	59s	51s	3.17km/h

(3) 歩行速度調査状況

検証時の装備は，溢水時の防護具を想定し，黄服，防水型被服，ゴム手袋，全面マスク，胴長靴，ヘルメットの装備を着用して行った。測定時の状況について図 1 に示す。



図 1 歩行速度測定時のスタイル及び測定状況

2. 漏えい箇所特定に要する時間について

(1) 漏えい箇所特定に要する時間の算出

浸水時の歩行速度を基に、下記条件で漏えい箇所特定に要する時間を算出した結果を表 2 に示す。

【条件】

- ・漏えい箇所が特定できていないものとし、建屋全域を確認。
- ・機器配置図より歩行ルートを検討し、距離を算出。
- ・全域に溢水水位 300mm があると仮定

表 2 浸水時の漏えい箇所特定に要する時間算出結果

項目	原子炉建屋		制御建屋
	原子炉棟	付属棟	
歩行距離 (m)	1475.1	921.8	645.5
漏えい箇所特定時間 (min)	28	18	13

上記の算出結果より、表 9.21-7～表 9.21-9 にて整理している漏えい箇所特定に要する時間（原子炉建屋原子炉棟：35 分，原子炉建屋付属棟：22 分，制御建屋：22 分）は十分保守的な設定である。

9.22 溢水発生後の復旧について

女川2号機における内部溢水影響評価の結果、安全機能が維持されることを確認しており、ここでは貯留した溢水の復旧対応方針について整理した。

1. 想定する状況

最終貯留エリアの浸水深が最大になる状況（当該エリアのサンプポンプが機能喪失）を想定する。

2. 復旧作業

溢水発生後の復旧については、溢水の貯留状況と排水関連設備の運転状況等により排水先を適切に選定する。基本的には溢水が発生した当該の建屋・棟で健全なサンプ及び廃棄物処理設備を確認し、仮設ポンプ等により移送する。

3. 復旧作業期間

例として、原子炉建屋付属棟において溢水量が最大である原子炉補機冷却海水系の溢水（想定破損による溢水量 358m³）が発生した場合、排水能力 10m³/h 程度の仮設排水ポンプを使用することで、準備作業を考慮しても 2 日程度で排水作業が可能である。その他の溢水源・溢水発生エリアにおいても、想定される溢水量に対して、仮設排水ポンプを使用し、1 週間程度での排水作業が可能である。

4. 機器の点検作業

排水作業完了後に、没水した機器の点検を速やかに行う。機器の点検等には時間を要するが、その間プラントは安全機能が維持されている。

なお、特にプラント停止後については、冷温停止機能、燃料プールの冷却及び補給機能の維持が重要になるため、この機能に係る系統の運転継続が重要となる。機器の点検においては、この運転状態が長期に継続することから、機器の復旧についても、これら運転状態の維持を最優先とした作業工程にて復旧作業を進める。

9.23 内部溢水影響評価における判定表

本資料は、内部溢水影響評価における溢水防護対象設備がその安全機能を喪失しないことを確認するために用いた判定表についてまとめたものである。

1. 安全機能整理表

「重要度の特に高い安全機能を有する系統」及び「使用済燃料プール冷却及び使用済燃料プールへの給水機能を有する系統」について、内部溢水影響評価における要求事項を表 9.23-1 の安全機能整理表に整理した。

内部溢水影響評価の判定としては、2 項から 12 項の判定基準により、溢水防護対象設備の機能が維持されていることを確認した。

表 9. 23-1 安全機能整理表 (1/5)

原子炉施設			
緊急停止機能		未臨界維持機能 (HCU 又は SLC)	
○		○	
水圧制御ユニット		ほう酸水注入系	
○		○	
A 系 (I 系)	B 系 (II 系)	A 系	B 系
○	○	○	○

2. 緊急停止機能

【判定基準】

水圧制御ユニットの機能が維持されていること。

3. 未臨界維持機能

【判定基準】

水圧制御ユニットの機能又はほう酸水注入系の機能が維持されていること。

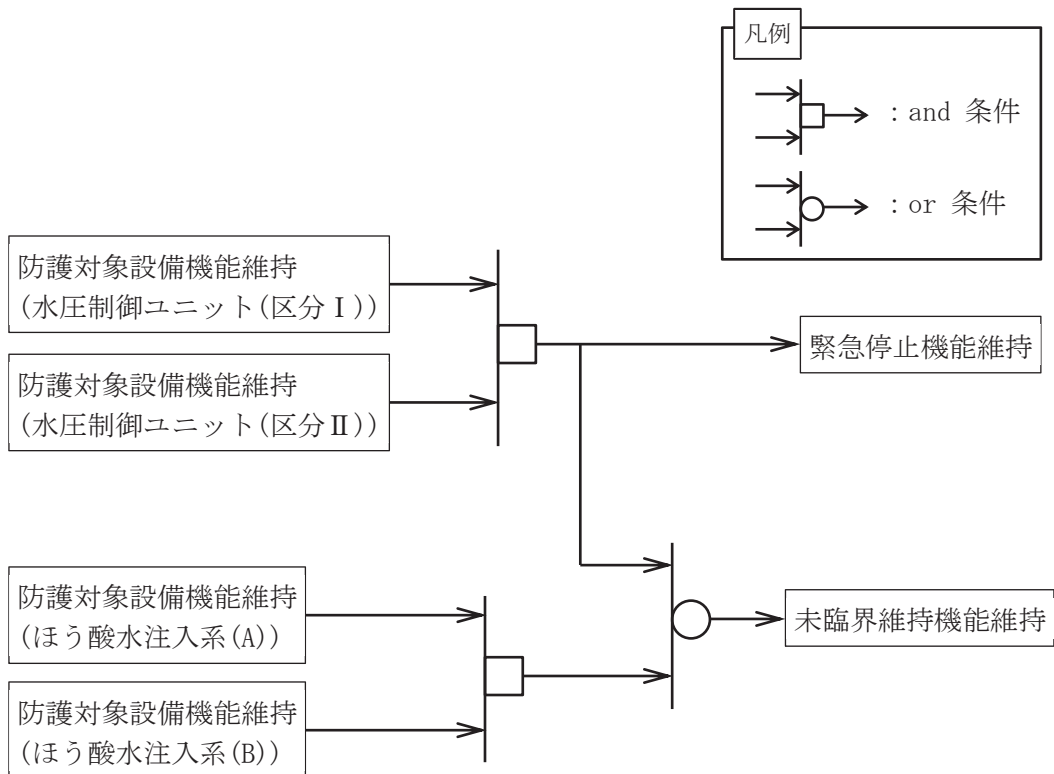


表 9. 23-1 安全機能整理表 (2/5)

原子炉施設						
高温停止機能 (2 区分以上)						
○						
区分 I ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}			区分 II ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}			区分 III HPCS
○			○			○
自動 減圧系	残留熱 除去系	低圧炉心 スプレイ系	自動 減圧系	残留熱除去系		高圧炉心 スプレイ系
A 系	A 系	A 系	B 系	B 系	C 系	H 系
○	○	○	○	○	○	○

4. 高温停止機能

【判定基準】

区分 I～III の高温停止機能のうち 2 区分以上の機能が維持されていること。

(区分 I)

自動減圧系 (A) の機能が維持されており、かつ残留熱除去系 (低圧注水モード) (A) 又は低圧炉心スプレイ系の機能が維持されていること。

(区分 II)

自動減圧系 (B) の機能が維持されており、かつ残留熱除去系 (低圧注水モード) (B) 又は (C) の機能が維持されていること。

(区分 III)

高圧炉心スプレイ系の機能が維持されていること。

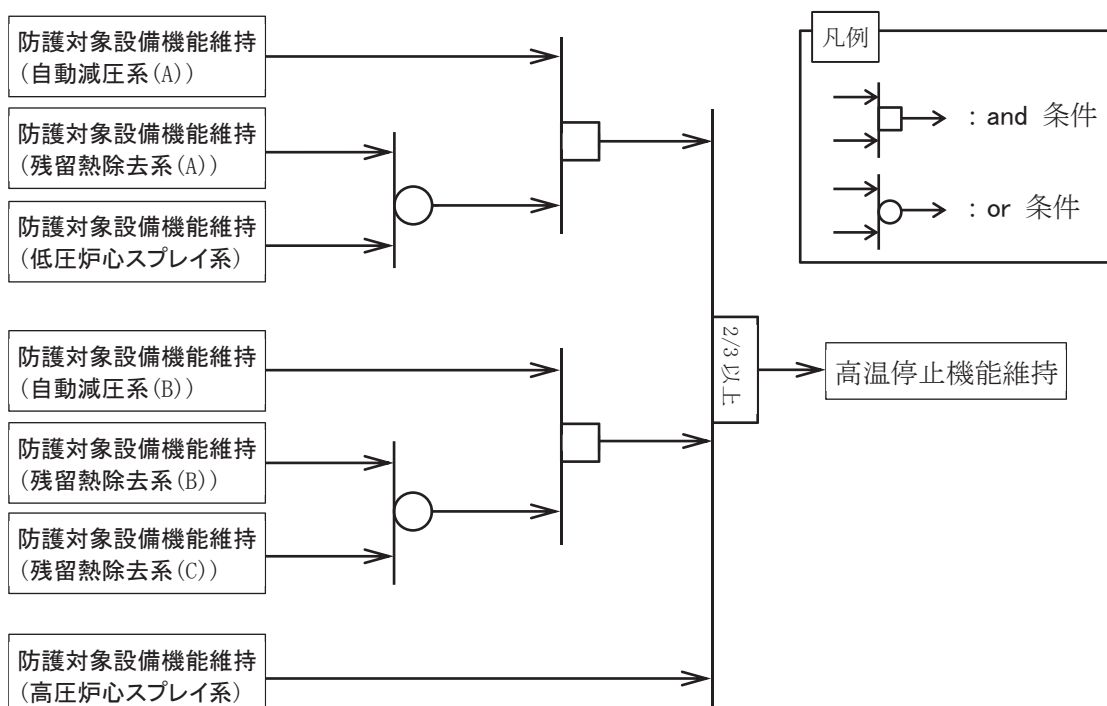


表 9. 23-1 安全機能整理表 (3/5)

原子炉施設						
原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			低温停止機能	
○		○			○	
原子炉隔離時冷却系	高压炉心スプレイ系	逃がし安全弁	自動減圧系		残留熱除去系	
○	○	○	○		○	
-	H系	-	A系	B系	A系	B系
○	○	○	○	○	○	○

5. 原子炉隔離時注水機能

【判定基準】

原子炉隔離時冷却系又は高压炉心スプレイ系の機能が維持されていること。

6. 手動逃がし機能

【判定基準】

逃がし安全弁機能又は、自動減圧系(A)又は(B)の機能が維持されていること。

7. 低温停止機能

【判定基準】

残留熱除去系（停止時冷却モード）(A)又は(B)の機能が維持されていること。

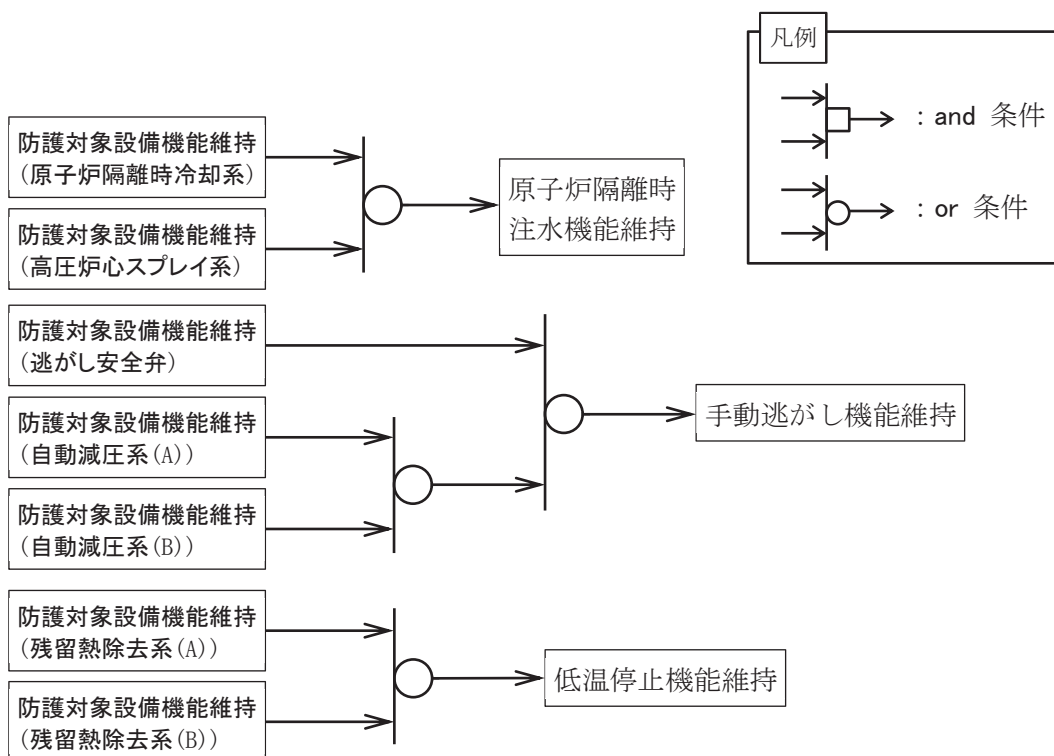


表 9. 23-1 安全機能整理表 (4/5)

原子炉施設							
閉じ込め機能						監視機能	
○						○	
隔離弁機能		非常用ガス処理系		可燃性ガス濃度制御系		事故時計装系	
○		○		○		○	
A系(I系)	B系(II系)	A系	B系	A系	B系	A系	B系
○	○	○	○	○	○	○	○

8. 閉じ込め機能

【判定基準】

下記に示すすべての機能が維持されていること。

(隔離弁機能)

区分 I 又は区分 II の隔離弁機能が維持されていること。

(非常用ガス処理系)

非常用ガス処理系 (A) 又は (B) の機能が維持されていること。

(可燃性ガス濃度制御系)

可燃性ガス濃度制御系 (A) 又は (B) の機能が維持されていること。

9. 監視機能

【判定基準】

A 系又は B 系の事故時計装系の機能が維持されていること。

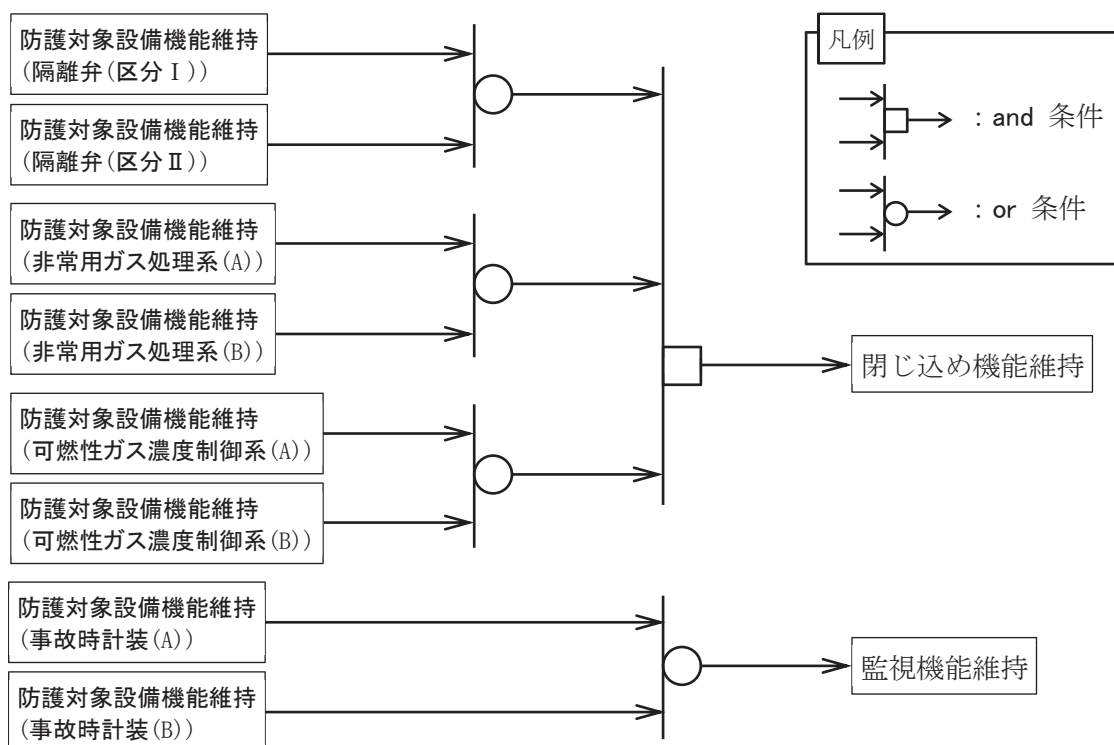


表 9.23-1 安全機能整理表 (5/5)

使用済燃料プール							中央制御室		
冷却機能				給水機能					
○				○			○		
燃料プール 冷却浄化系		残留熱除去系		燃料プール 補給水系		残留熱除去系		中央制御室 換気空調系	
○		○		○		○		○	
A系	B系	A系	B系	-	A系	B系	A系	B系	
○	○	○	○	○	○	○	○	○	

10. 使用済燃料プールの冷却機能

【判定基準】

燃料プール冷却浄化系 (A) 又は (B), 又は残留熱除去系 (燃料プール水の冷却) (A) 又は (B) の機能が維持されていること。

11. 使用済燃料プールの給水機能

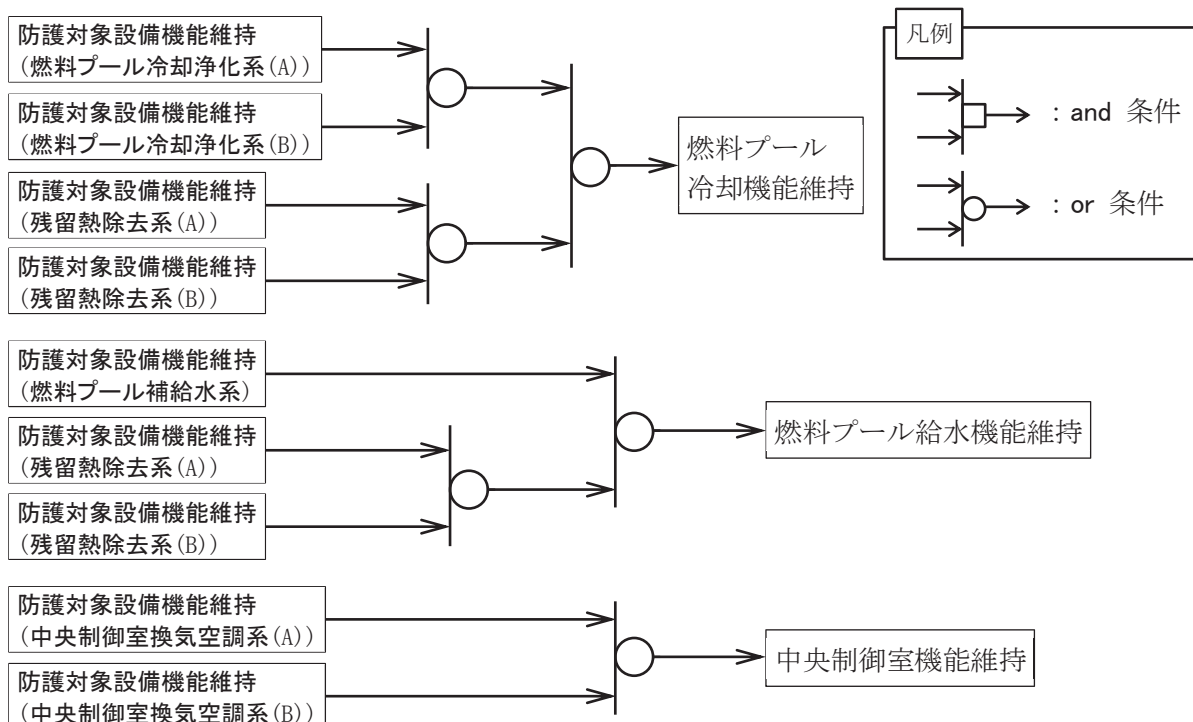
【判定基準】

燃料プール補給水系, 又は残留熱除去系 (燃料プール水の補給) (A) 又は (B) の機能が維持されていること。

12. 中央制御室

【判定基準】

中央制御室換気空調系 (A) 又は (B) の機能が維持されていること。



9.24 建屋地下外壁の地下水に対する健全性について

1. 概要

原子炉建屋及び制御建屋の周辺については、地下水位低下設備が設置されており、通常時の地下水位は各建屋の地下外壁には到達しない設計となっている。

地下水位低下設備 1 箇所のサブドレンポンプが故障した場合でも、他のサブドレンポンプにより地下水が適切に排水可能である。また、地震後においても、耐震性を有するサブドレンポンプを設置することから、地震後においても機能を喪失する恐れはない。

本書では、地下水に対する健全性を確認する観点で、地下水位低下設備ポンプの故障等により排水されなくなった場合を想定し、地下水が建屋の地下外壁に与える影響について検討する。

また、緊急時対策建屋及び緊急用電気品建屋は、地下水低下設備に期待しない設計としていることから通常時の地下水位は地表面となっているため、同様に地下水が建屋の地下外壁に与える影響について検討する。

2. 検討方法

2.1 検討方針

ポンプの故障等により排水されなくなった場合の保守的な評価として、地表面まで地下水位が上昇すると仮定し影響評価を実施する。

影響評価は、地下水位の上昇に伴う水圧の影響を考慮した応力解析に基づく各部応力が長期許容応力度以下となることを確認する。

解析コードは「KANSAS2」を使用し、解析コードの概要及び妥当性確認等の概要については添付書類「VI-5-64 計算機プログラム（解析コード）の概要・KANSAS2」に示す。

2.2 評価部位の選定

評価対象建屋は、原子炉建屋、制御建屋、緊急時対策建屋及び緊急用電気品建屋であり、それぞれの建屋の地下外壁の壁厚を表 9.24-1 に示す。

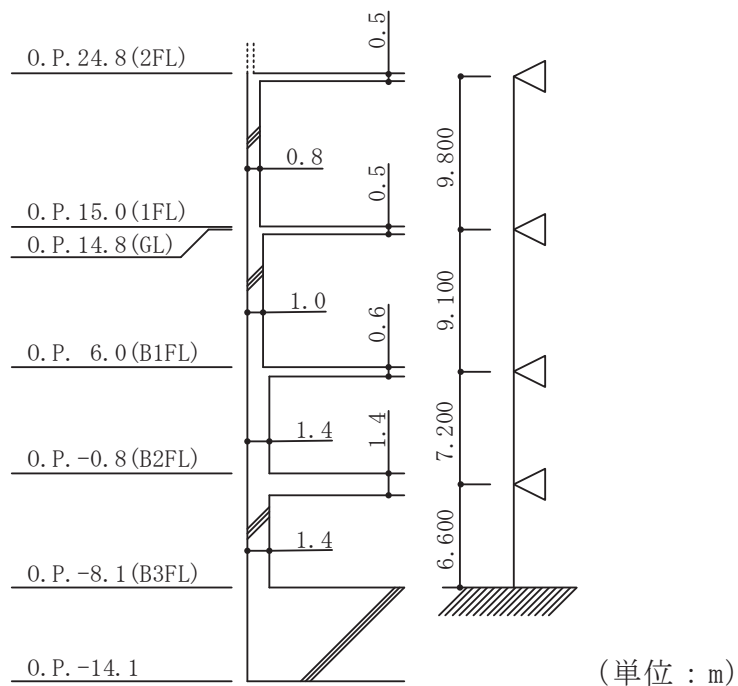
評価対象建屋のうち、浸水高が一番高くなる原子炉建屋と壁厚が最も薄い制御建屋の地下外壁を評価部位とし選定する。

表 9.24-1 各建屋の地下外壁の壁厚

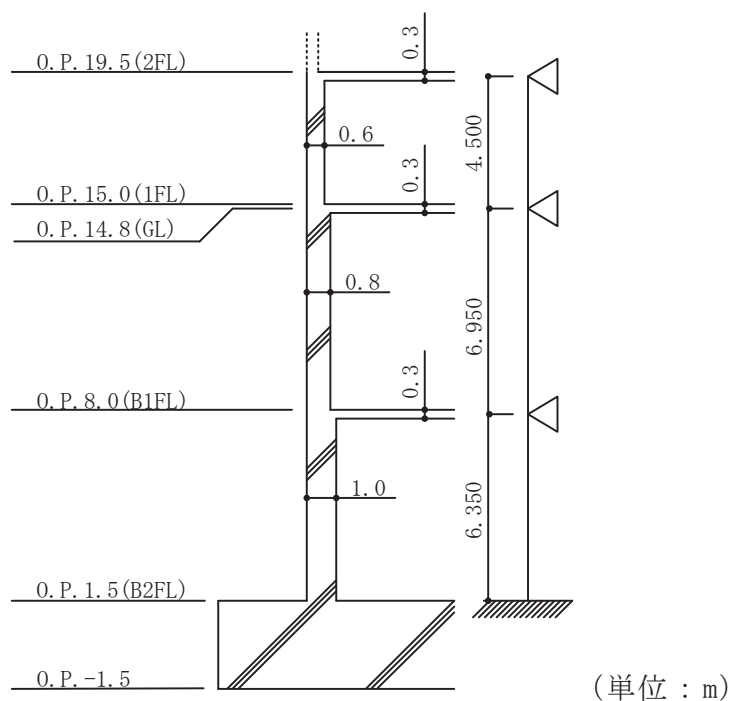
評価対象	壁厚 (mm)	評価対象	壁厚 (mm)	評価対象	壁厚 (mm)	評価対象	壁厚 (mm)
R/B 地下 1 階 (浸水深 8.5m)	1000	C/B 地下 1 階 (浸水深 6.8m)	800	緊急時 対策建屋 地下 1 階 (浸水深 4.7m)	1900	緊急用 電気品建屋 地下 1 階 (浸水深 5.9m)	1500
R/B 地下 2 階 (浸水深 15.6m)	1400	C/B 地下 2 階 (浸水深 13.3m)	1000	緊急時 対策建屋 地下 2 階 (浸水深 10.5m)	2200		
R/B 地下 3 階 (浸水深 22.9m)	1400						

2.3 解析モデル

原子炉建屋及び制御建屋の地下外壁の解析モデルを図 9.24-1 に示す。解析モデルは、基礎上端を固定端とし、各階床位置をピン支持とした連梁モデルとする。モデル化範囲は、評価対象範囲を適切に評価できるように各建屋基礎版から地上 1 階とする。



(a) 原子炉建屋

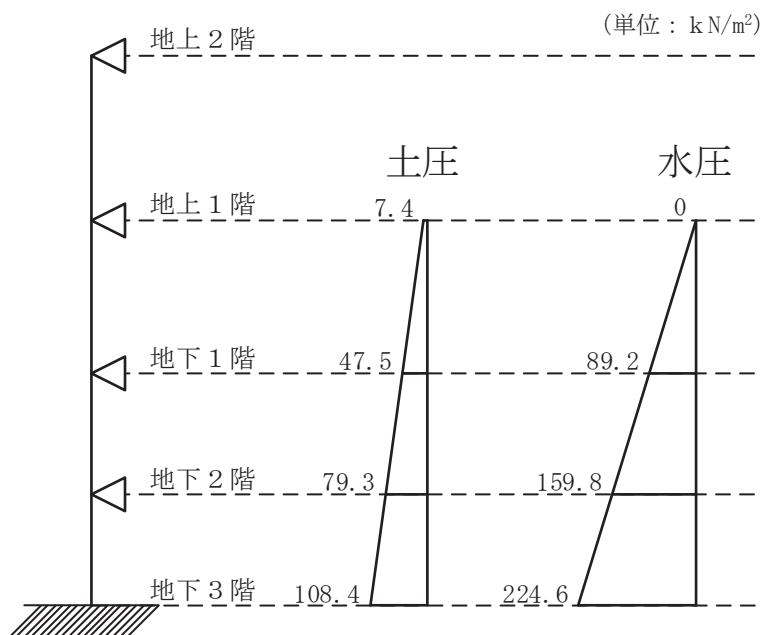


(b) 制御建屋

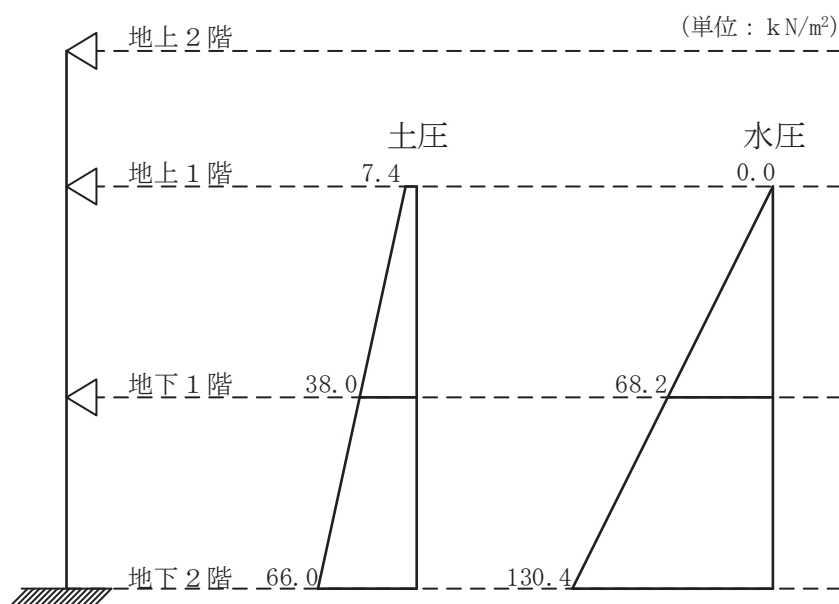
図 9.24-1 地下外壁の解析モデル概要

2.4 検討用荷重

原子炉建屋及び制御建屋の地下外壁側面に考慮する静止土圧及び地下水による水圧を図 9.24-2 に示す。また、解析モデルに発生する各部の曲げモーメント及びせん断力を図 9.24-3 に示す。

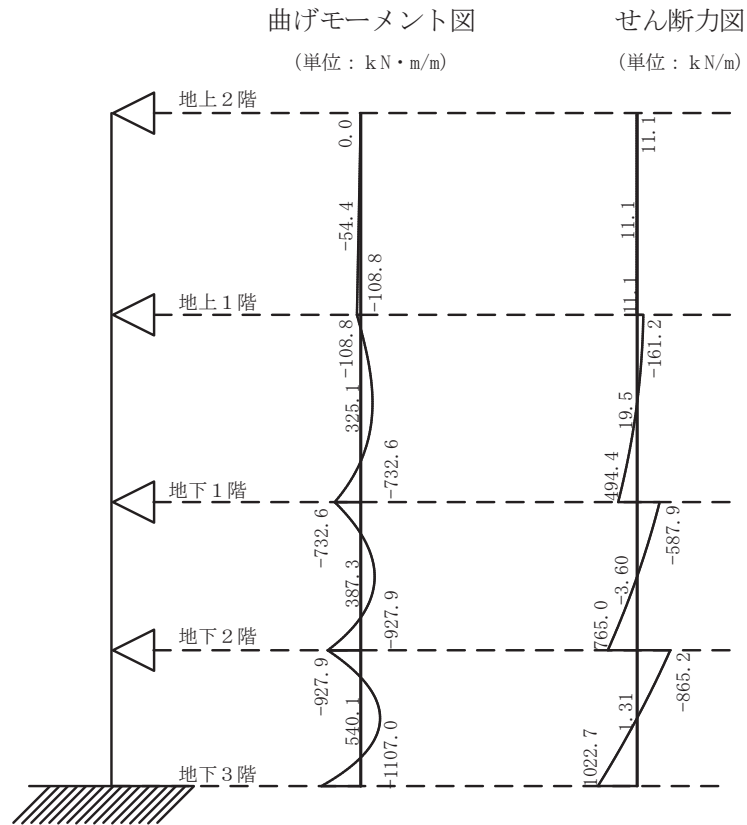


(a) 原子炉建屋

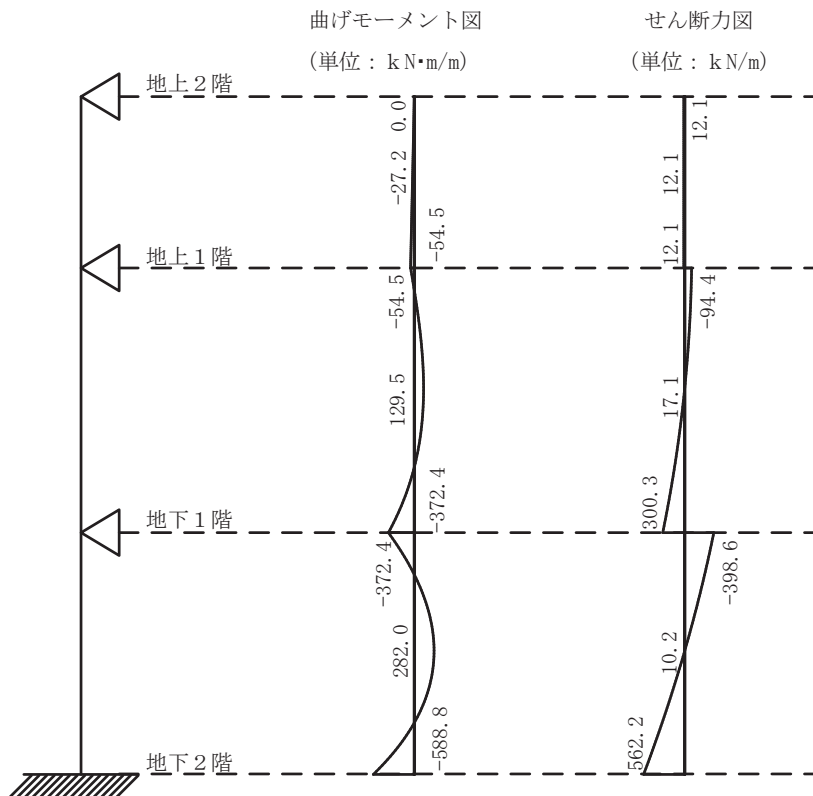


(b) 制御建屋

図 9.24-2 地下外壁側面に考慮する静止土圧及び水圧



(a) 原子炉建屋



(b) 制御建屋

図 9.24-3 各部の曲げモーメント及びせん断力

2.5 評価方法

(1) 曲げモーメントに対する断面の評価方法

断面の評価は、「RC-N規準」に基づき、評価対象部位に生じる曲げモーメントが、次式をもとに計算した長期許容曲げモーメントを超えないことを確認する。

$$M_A = a_t \cdot f_t \cdot j$$

ここで、

M_A : 長期許容曲げモーメント (N・mm)

a_t : 引張鉄筋断面積 (mm²)

f_t : 引張鉄筋の長期許容引張応力度 (N/mm²)

j : 断面の応力中心間距離で、断面の有効せいの 7/8 倍の値 (mm)

(2) 面外せん断に対する断面の評価方法

断面の評価は、「RC-N規準」に基づき、評価対象部位に生じる面外せん断力が、次式をもとに計算した長期許容面外せん断力を超えないことを確認する。

$$Q_A = b \cdot j \cdot \alpha \cdot f_s$$

ここで、

Q_A : 長期許容面外せん断力 (N)

b : 断面の幅 (mm)

j : 断面の応力中心間距離で、断面の有効せいの 7/8 倍の値 (mm)

α : せん断スパン比 $M/(Q \cdot d)$ による割増し係数

(2 を超える場合は 2, 1 未満の場合は 1 とする。)

$$\alpha = \frac{4}{M/(Q \cdot d) + 1}$$

M : 曲げモーメント (N・mm)

Q : せん断力 (N)

d : 断面の有効せい (mm)

f_s : コンクリートの長期許容せん断応力度 (N/mm²)

2.6 許容限界

許容限界は浸水を防止する長期許容応力度とする。コンクリート及び鉄筋の長期許容応力度を表 9.24-2 及び表 9.24-3 に示す

表 9.24-2 コンクリートの長期許容応力度

設計基準強度 Fc (N/mm ²)	圧縮 (N/mm ²)	せん断 (N/mm ²)
32.4	10.8	0.81

表 9.24-3 鉄筋の長期許容応力度

種類	引張及び圧縮 (N/mm ²)	せん断 (N/mm ²)
SD35 (SD345 相当)	195 (D29 以上)	195

3. 評価結果

原子炉建屋及び制御建屋の地下水位を地表面まで考慮した場合の地下外壁の評価結果を表 9.24-4 および表 9.24-5 に示す。評価結果より、地下水位を地表面まで考慮した場合において、地下外壁に発生する応力が長期許容応力度を超えないことを確認した。

したがって、ポンプの故障等により仮に地下水位が地表面まで上昇することを想定しても、各建屋の地下外壁は健全である。

表 9.24-4 地下外壁の評価結果（原子炉建屋）

原子炉建屋		地下3階	地下2階	地下1階
O.P. (m)		-0.8~-8.1	6.0~-0.8	15.0~6.0
厚さ t (mm) × 幅 b (mm)		1400 × 1000	1400 × 1000	1000 × 1000
有効せい d (mm)		1220	1220	830
配筋		4-D38@200 (11400mm ² /m)	2-D38@200 +2-D32@200 (9670mm ² /m)	4-D32@200 (7940mm ² /m)
せん断に対する検討	発生せん断力 Q (kN/m)	1022.7	765.0	494.4
	せん断スパン比による 割増係数 α	2	2	1.44
	許容せん断力 Q _A (kN/m)	1729	1729	847
	検定値 Q/Q _A	0.60	0.45	0.59
	判定	可	可	可
曲げモーメントに対する検討	曲げモーメント M (kN・m/m)	1107.0	927.9	732.6
	許容曲げモーメント M _A (kN・m/m)	2373	2012	1124
	検定値 M/M _A	0.47	0.47	0.66
	判定	可	可	可

表 9.24-5 地下外壁の評価結果（制御建屋）

制御建屋		地下 2 階	地下 1 階
O. P. (m)		8.00~1.50	15.00~8.00
厚さ t (mm) × 幅 b (mm)		1000 × 1000	800 × 1000
有効せい d (mm)		820	620
配筋		2-D38@200 +2-D38@400 (8550mm ² /m)	2-D35@200 +2-D35@400 (7177.5mm ² /m)
せん断に対する検討	発生せん断力 Q (kN/m)	562.2	300.3
	せん断スパン比による 割増係数 α	1.76	1.33
	許容せん断力 Q _A (kN/m)	1022	584
	検定値 Q/Q _A	0.56	0.52
	判定	可	可
曲げモーメントに対する検討	曲げモーメント M (kN・m/m)	588.8	372.4
	許容曲げモーメント M _A (kN・m/m)	1196	759
	検定値 M/M _A	0.50	0.50
	判定	可	可