

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																																																																																																																																						
<p>第1.1.1.h-5表 緩和系の基事象別重要度評価結果（FV重要度上位）</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>系統</th> <th>基事象</th> <th>FV重要度</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>RCP</td> <td>RCPシールLOCA発生</td> <td>6.6E-01</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>復水ビット閉塞</td> <td>6.7E-02</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>運転員2次冷却系破断の発生 診断失敗</td> <td>1.8E-02</td> </tr> <tr> <td>海水系</td> <td>手動弁503C 戻し忘れ</td> <td>7.7E-03</td> </tr> <tr> <td>高圧注入系</td> <td>手動弁071B 閉塞</td> <td>6.7E-03</td> </tr> <tr> <td>高圧注入系</td> <td>手動弁071C 閉塞</td> <td>6.7E-03</td> </tr> <tr> <td>高圧注入系</td> <td>手動弁071D 閉塞</td> <td>6.7E-03</td> </tr> <tr> <td>換気空調系</td> <td>手動ダンパ001D 戻し忘れ</td> <td>6.0E-03</td> </tr> <tr> <td>換気空調系</td> <td>手動ダンパ002D 戻し忘れ</td> <td>6.0E-03</td> </tr> <tr> <td>加圧器安全弁</td> <td>加圧器安全弁055 閉塞</td> <td>4.7E-03</td> </tr> </tbody> </table> <p>第1.1.1.h-6表 緩和系の基事象別重要度評価結果（RAW上位）</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>系統</th> <th>基事象</th> <th>RAW</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>補助給水系</td> <td>復水ビット閉塞</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>空気作動弁3715 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>空気作動弁3725 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>空気作動弁3735 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>空気作動弁3745 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>ストレーナFW-01 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>ストレーナFW-02 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>ストレーナFW-03 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>オリフィス3716 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>オリフィス3736 外部リーク</td> <td>5.4E+03</td> </tr> </tbody> </table>	系統	基事象	FV重要度	RCP	RCPシールLOCA発生	6.6E-01	補助給水系	復水ビット閉塞	6.7E-02	補助給水系	運転員2次冷却系破断の発生 診断失敗	1.8E-02	海水系	手動弁503C 戻し忘れ	7.7E-03	高圧注入系	手動弁071B 閉塞	6.7E-03	高圧注入系	手動弁071C 閉塞	6.7E-03	高圧注入系	手動弁071D 閉塞	6.7E-03	換気空調系	手動ダンパ001D 戻し忘れ	6.0E-03	換気空調系	手動ダンパ002D 戻し忘れ	6.0E-03	加圧器安全弁	加圧器安全弁055 閉塞	4.7E-03	系統	基事象	RAW	補助給水系	復水ビット閉塞	5.4E+03	補助給水系	空気作動弁3715 外部リーク	5.4E+03	補助給水系	空気作動弁3725 外部リーク	5.4E+03	補助給水系	空気作動弁3735 外部リーク	5.4E+03	補助給水系	空気作動弁3745 外部リーク	5.4E+03	補助給水系	ストレーナFW-01 外部リーク	5.4E+03	補助給水系	ストレーナFW-02 外部リーク	5.4E+03	補助給水系	ストレーナFW-03 外部リーク	5.4E+03	補助給水系	オリフィス3716 外部リーク	5.4E+03	補助給水系	オリフィス3736 外部リーク	5.4E+03	<p>第3.1.1.h-9表 緩和系の基事象別重要度評価結果（FV重要度上位）</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>系統</th> <th>基事象</th> <th>FV重要度</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR 手動操作失敗</td> <td>9.2E-01</td> </tr> <tr> <td>RCW</td> <td>RCW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)</td> <td>1.9E-02</td> </tr> <tr> <td>RSW</td> <td>RSW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)</td> <td>1.4E-02</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR-A 熱交換器伝熱管閉塞</td> <td>8.8E-03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(ABC)</td> <td>5.2E-03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR 保守作業によるRHR-A 待機除外</td> <td>4.0E-03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR-A ポンプ室空調機能喪失</td> <td>3.5E-03</td> </tr> <tr> <td>原子炉減圧</td> <td>手動減圧操作失敗</td> <td>3.4E-03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR-A 熱交換器伝熱管破損</td> <td>3.2E-03</td> </tr> <tr> <td>RSW</td> <td>RSW ポンプD 起動失敗</td> <td>3.0E-03</td> </tr> </tbody> </table> <p>第3.1.1.h-10表 緩和系の基事象別重要度評価結果（RAW上位）</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>系統</th> <th>基事象</th> <th>RAW</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>RCW</td> <td>RCW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)</td> <td>3.6E+04</td> </tr> <tr> <td>RSW</td> <td>RSW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)</td> <td>3.6E+04</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR 手動操作失敗</td> <td>5.5E+03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(ABC)</td> <td>5.5E+03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABC)</td> <td>5.5E+03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(A-B)</td> <td>5.5E+03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR ポンプ継続運転失敗共通要因故障(A-B)</td> <td>5.5E+03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR ポンプ出口逆止弁閉塞共通要因故障(ABC)</td> <td>5.5E+03</td> </tr> <tr> <td>RHR</td> <td>RHR ポンプ出口逆止弁閉塞共通要因故障(A-B)</td> <td>5.5E+03</td> </tr> <tr> <td>スクラム系</td> <td>制御棒挿入失敗</td> <td>4.3E+03</td> </tr> </tbody> </table>	系統	基事象	FV重要度	RHR	RHR 手動操作失敗	9.2E-01	RCW	RCW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)	1.9E-02	RSW	RSW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)	1.4E-02	RHR	RHR-A 熱交換器伝熱管閉塞	8.8E-03	RHR	RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(ABC)	5.2E-03	RHR	RHR 保守作業によるRHR-A 待機除外	4.0E-03	RHR	RHR-A ポンプ室空調機能喪失	3.5E-03	原子炉減圧	手動減圧操作失敗	3.4E-03	RHR	RHR-A 熱交換器伝熱管破損	3.2E-03	RSW	RSW ポンプD 起動失敗	3.0E-03	系統	基事象	RAW	RCW	RCW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)	3.6E+04	RSW	RSW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)	3.6E+04	RHR	RHR 手動操作失敗	5.5E+03	RHR	RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(ABC)	5.5E+03	RHR	RHR ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABC)	5.5E+03	RHR	RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(A-B)	5.5E+03	RHR	RHR ポンプ継続運転失敗共通要因故障(A-B)	5.5E+03	RHR	RHR ポンプ出口逆止弁閉塞共通要因故障(ABC)	5.5E+03	RHR	RHR ポンプ出口逆止弁閉塞共通要因故障(A-B)	5.5E+03	スクラム系	制御棒挿入失敗	4.3E+03	<p>第3.1.1.h-8表 緩和系の基事象別重要度評価結果（FV重要度上位）</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>系統</th> <th>基事象</th> <th>FV重要度</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>RCP</td> <td>RCPシールLOCA発生</td> <td>8.9E-01</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>補助給水ビット閉塞</td> <td>1.9E-02</td> </tr> <tr> <td>信号系</td> <td>工学安全施設作動盤EFA,Bアプリケーションソフト共通原因故障</td> <td>1.5E-02</td> </tr> <tr> <td>信号系</td> <td>安全系現場制御監視盤SILCA1,B1アプリケーションソフト共通原因故障</td> <td>1.5E-02</td> </tr> <tr> <td>信号系</td> <td>原子炉安全保護盤RT1アプリケーションソフト共通原因故障</td> <td>1.5E-02</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>運転員2次系破断の発生診断失敗</td> <td>5.1E-03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>タービン動補助給水ポンプ試験による待機除外</td> <td>2.2E-03</td> </tr> <tr> <td>換気空調系</td> <td>電動補助給水ポンプ室給気ファンA,B制御回路の作動失敗 共通原因故障</td> <td>2.1E-03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>タービン動補助給水ポンプ起動失敗</td> <td>1.9E-03</td> </tr> <tr> <td>換気空調系</td> <td>電動補助給水ポンプ室給気ファンA制御回路の作動失敗</td> <td>1.6E-03</td> </tr> </tbody> </table> <p>第3.1.1.h-9表 緩和系の基事象別重要度評価結果（RAW上位）</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>系統</th> <th>基事象</th> <th>RAW</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>補助給水系</td> <td>補助給水ビット閉塞</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>信号系</td> <td>工学安全施設作動盤EFA,Bアプリケーションソフト共通原因故障</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>信号系</td> <td>安全系現場制御監視盤SILCA1,B1アプリケーションソフト共通原因故障</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>タービン動補助給水ポンプ入口側ストレーナ01 外部リーク</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>電動補助給水ポンプ入口側ストレーナ02A 外部リーク</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>電動補助給水ポンプ入口側ストレーナ02B 外部リーク</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>海水系</td> <td>海水ストレーナ01B,B閉塞共通原因故障</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>電動補助給水ポンプAミニフローラインオリフィス02A 外部リーク</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>電動補助給水ポンプBミニフローラインオリフィス02B 外部リーク</td> <td>1.5E+03</td> </tr> <tr> <td>補助給水系</td> <td>電動補助給水ポンプAミニフローラインオリフィス07A 外部リーク</td> <td>1.5E+03</td> </tr> </tbody> </table>	系統	基事象	FV重要度	RCP	RCPシールLOCA発生	8.9E-01	補助給水系	補助給水ビット閉塞	1.9E-02	信号系	工学安全施設作動盤EFA,Bアプリケーションソフト共通原因故障	1.5E-02	信号系	安全系現場制御監視盤SILCA1,B1アプリケーションソフト共通原因故障	1.5E-02	信号系	原子炉安全保護盤RT1アプリケーションソフト共通原因故障	1.5E-02	補助給水系	運転員2次系破断の発生診断失敗	5.1E-03	補助給水系	タービン動補助給水ポンプ試験による待機除外	2.2E-03	換気空調系	電動補助給水ポンプ室給気ファンA,B制御回路の作動失敗 共通原因故障	2.1E-03	補助給水系	タービン動補助給水ポンプ起動失敗	1.9E-03	換気空調系	電動補助給水ポンプ室給気ファンA制御回路の作動失敗	1.6E-03	系統	基事象	RAW	補助給水系	補助給水ビット閉塞	1.5E+03	信号系	工学安全施設作動盤EFA,Bアプリケーションソフト共通原因故障	1.5E+03	信号系	安全系現場制御監視盤SILCA1,B1アプリケーションソフト共通原因故障	1.5E+03	補助給水系	タービン動補助給水ポンプ入口側ストレーナ01 外部リーク	1.5E+03	補助給水系	電動補助給水ポンプ入口側ストレーナ02A 外部リーク	1.5E+03	補助給水系	電動補助給水ポンプ入口側ストレーナ02B 外部リーク	1.5E+03	海水系	海水ストレーナ01B,B閉塞共通原因故障	1.5E+03	補助給水系	電動補助給水ポンプAミニフローラインオリフィス02A 外部リーク	1.5E+03	補助給水系	電動補助給水ポンプBミニフローラインオリフィス02B 外部リーク	1.5E+03	補助給水系	電動補助給水ポンプAミニフローラインオリフィス07A 外部リーク	1.5E+03	<p>【女川】【大飯】 ■個別評価による相違</p>
系統	基事象	FV重要度																																																																																																																																																																																																							
RCP	RCPシールLOCA発生	6.6E-01																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	復水ビット閉塞	6.7E-02																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	運転員2次冷却系破断の発生 診断失敗	1.8E-02																																																																																																																																																																																																							
海水系	手動弁503C 戻し忘れ	7.7E-03																																																																																																																																																																																																							
高圧注入系	手動弁071B 閉塞	6.7E-03																																																																																																																																																																																																							
高圧注入系	手動弁071C 閉塞	6.7E-03																																																																																																																																																																																																							
高圧注入系	手動弁071D 閉塞	6.7E-03																																																																																																																																																																																																							
換気空調系	手動ダンパ001D 戻し忘れ	6.0E-03																																																																																																																																																																																																							
換気空調系	手動ダンパ002D 戻し忘れ	6.0E-03																																																																																																																																																																																																							
加圧器安全弁	加圧器安全弁055 閉塞	4.7E-03																																																																																																																																																																																																							
系統	基事象	RAW																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	復水ビット閉塞	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	空気作動弁3715 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	空気作動弁3725 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	空気作動弁3735 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	空気作動弁3745 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	ストレーナFW-01 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	ストレーナFW-02 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	ストレーナFW-03 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	オリフィス3716 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	オリフィス3736 外部リーク	5.4E+03																																																																																																																																																																																																							
系統	基事象	FV重要度																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR 手動操作失敗	9.2E-01																																																																																																																																																																																																							
RCW	RCW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)	1.9E-02																																																																																																																																																																																																							
RSW	RSW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)	1.4E-02																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR-A 熱交換器伝熱管閉塞	8.8E-03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(ABC)	5.2E-03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR 保守作業によるRHR-A 待機除外	4.0E-03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR-A ポンプ室空調機能喪失	3.5E-03																																																																																																																																																																																																							
原子炉減圧	手動減圧操作失敗	3.4E-03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR-A 熱交換器伝熱管破損	3.2E-03																																																																																																																																																																																																							
RSW	RSW ポンプD 起動失敗	3.0E-03																																																																																																																																																																																																							
系統	基事象	RAW																																																																																																																																																																																																							
RCW	RCW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)	3.6E+04																																																																																																																																																																																																							
RSW	RSW ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABCD)	3.6E+04																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR 手動操作失敗	5.5E+03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(ABC)	5.5E+03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR ポンプ継続運転失敗共通要因故障(ABC)	5.5E+03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR ポンプ起動失敗共通要因故障(A-B)	5.5E+03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR ポンプ継続運転失敗共通要因故障(A-B)	5.5E+03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR ポンプ出口逆止弁閉塞共通要因故障(ABC)	5.5E+03																																																																																																																																																																																																							
RHR	RHR ポンプ出口逆止弁閉塞共通要因故障(A-B)	5.5E+03																																																																																																																																																																																																							
スクラム系	制御棒挿入失敗	4.3E+03																																																																																																																																																																																																							
系統	基事象	FV重要度																																																																																																																																																																																																							
RCP	RCPシールLOCA発生	8.9E-01																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	補助給水ビット閉塞	1.9E-02																																																																																																																																																																																																							
信号系	工学安全施設作動盤EFA,Bアプリケーションソフト共通原因故障	1.5E-02																																																																																																																																																																																																							
信号系	安全系現場制御監視盤SILCA1,B1アプリケーションソフト共通原因故障	1.5E-02																																																																																																																																																																																																							
信号系	原子炉安全保護盤RT1アプリケーションソフト共通原因故障	1.5E-02																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	運転員2次系破断の発生診断失敗	5.1E-03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	タービン動補助給水ポンプ試験による待機除外	2.2E-03																																																																																																																																																																																																							
換気空調系	電動補助給水ポンプ室給気ファンA,B制御回路の作動失敗 共通原因故障	2.1E-03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	タービン動補助給水ポンプ起動失敗	1.9E-03																																																																																																																																																																																																							
換気空調系	電動補助給水ポンプ室給気ファンA制御回路の作動失敗	1.6E-03																																																																																																																																																																																																							
系統	基事象	RAW																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	補助給水ビット閉塞	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
信号系	工学安全施設作動盤EFA,Bアプリケーションソフト共通原因故障	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
信号系	安全系現場制御監視盤SILCA1,B1アプリケーションソフト共通原因故障	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	タービン動補助給水ポンプ入口側ストレーナ01 外部リーク	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	電動補助給水ポンプ入口側ストレーナ02A 外部リーク	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	電動補助給水ポンプ入口側ストレーナ02B 外部リーク	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
海水系	海水ストレーナ01B,B閉塞共通原因故障	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	電動補助給水ポンプAミニフローラインオリフィス02A 外部リーク	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	電動補助給水ポンプBミニフローラインオリフィス02B 外部リーク	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							
補助給水系	電動補助給水ポンプAミニフローラインオリフィス07A 外部リーク	1.5E+03																																																																																																																																																																																																							

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシスグループ及び重要事故シナシス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3 / 4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																				
<p>第1.1.1.h-7表 全CDF及び事故シナシス別不確かさ解析結果</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>事故シナシス</th> <th>下限値 (/炉年)</th> <th>中央値 (/炉年)</th> <th>上限値 (/炉年)</th> <th>平均値 (/炉年)</th> <th>EF</th> </tr> </thead> <tbody> <tr><td>全CDF</td><td>3.7E-06</td><td>2.2E-05</td><td>1.3E-04</td><td>5.1E-05</td><td>4.1</td></tr> <tr><td>大破断LOCA 高圧再循環失敗+スプレイ再循環失敗</td><td>5.1E-14</td><td>1.0E-12</td><td>2.3E-11</td><td>7.9E-12</td><td>21.2</td></tr> <tr><td>大破断LOCA 低圧再循環失敗+高圧再循環失敗</td><td>5.8E-12</td><td>1.6E-10</td><td>2.9E-09</td><td>9.2E-10</td><td>17.2</td></tr> <tr><td>大破断LOCA スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗</td><td>1.2E-15</td><td>3.7E-14</td><td>1.8E-12</td><td>6.1E-13</td><td>38.2</td></tr> <tr><td>大破断LOCA スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗+高圧再循環失敗</td><td>1.6E-12</td><td>3.2E-12</td><td>8.4E-11</td><td>2.5E-11</td><td>23.1</td></tr> <tr><td>大破断LOCA 高圧注入失敗</td><td>5.9E-14</td><td>1.1E-12</td><td>2.4E-11</td><td>7.0E-12</td><td>20.5</td></tr> <tr><td>大破断LOCA 低圧注入失敗</td><td>4.2E-11</td><td>6.5E-10</td><td>1.2E-08</td><td>3.4E-09</td><td>16.8</td></tr> <tr><td>中破断LOCA スプレイ再循環失敗</td><td>6.7E-11</td><td>1.2E-09</td><td>2.5E-08</td><td>7.2E-09</td><td>19.4</td></tr> <tr><td>中破断LOCA 高圧再循環失敗</td><td>6.5E-11</td><td>1.0E-09</td><td>1.8E-08</td><td>4.8E-09</td><td>16.6</td></tr> <tr><td>中破断LOCA スプレイ注入失敗</td><td>4.8E-11</td><td>8.4E-10</td><td>1.8E-08</td><td>4.4E-09</td><td>18.5</td></tr> <tr><td>中破断LOCA 高圧注入失敗</td><td>1.1E-12</td><td>3.2E-12</td><td>7.2E-11</td><td>2.2E-11</td><td>21.7</td></tr> <tr><td>中破断LOCA 低圧注入失敗</td><td>5.0E-09</td><td>1.5E-07</td><td>2.9E-06</td><td>7.0E-07</td><td>16.7</td></tr> <tr><td>小破断LOCA スプレイ再循環失敗</td><td>2.1E-10</td><td>3.8E-09</td><td>7.7E-08</td><td>2.2E-08</td><td>19.3</td></tr> <tr><td>小破断LOCA 高圧再循環失敗</td><td>2.2E-10</td><td>3.4E-09</td><td>5.7E-08</td><td>1.6E-08</td><td>16.1</td></tr> <tr><td>小破断LOCA スプレイ注入失敗</td><td>1.5E-10</td><td>2.7E-09</td><td>5.1E-08</td><td>1.4E-08</td><td>15.2</td></tr> <tr><td>小破断LOCA 高圧注入失敗</td><td>2.9E-08</td><td>4.0E-07</td><td>8.1E-06</td><td>2.2E-06</td><td>16.7</td></tr> <tr><td>小破断LOCA 補助給水失敗</td><td>7.1E-11</td><td>1.1E-09</td><td>1.8E-08</td><td>5.5E-09</td><td>16.1</td></tr> <tr><td>ISLOCA 直接炉心損傷</td><td>1.1E-12</td><td>3.6E-12</td><td>1.1E-10</td><td>3.1E-11</td><td>30.8</td></tr> <tr><td>主給水流量喪失-補助給水失敗</td><td>3.5E-09</td><td>1.3E-07</td><td>7.2E-07</td><td>2.6E-07</td><td>4.6</td></tr> <tr><td>内部電源喪失-補助給水失敗</td><td>1.1E-08</td><td>4.9E-08</td><td>3.2E-07</td><td>1.2E-07</td><td>5.7</td></tr> <tr><td>外部電源喪失-非常用炉内電源の確立失敗</td><td>1.1E-09</td><td>5.2E-09</td><td>2.6E-05</td><td>8.4E-06</td><td>4.9</td></tr> <tr><td>ATWS 炉心損傷直結</td><td>1.3E-10</td><td>1.5E-09</td><td>2.9E-08</td><td>8.2E-09</td><td>15.3</td></tr> <tr><td>2次冷却系破断-補助給水失敗</td><td>4.8E-09</td><td>1.3E-07</td><td>4.1E-06</td><td>1.1E-06</td><td>29.2</td></tr> <tr><td>2次冷却系破断-主蒸気隔離失敗</td><td>2.1E-12</td><td>6.0E-12</td><td>2.0E-10</td><td>6.7E-11</td><td>30.8</td></tr> <tr><td>SGTR 燃料棒の損傷失敗</td><td>3.2E-09</td><td>4.2E-08</td><td>6.6E-07</td><td>2.0E-07</td><td>14.4</td></tr> <tr><td>SGTR 補助給水失敗</td><td>1.5E-09</td><td>1.8E-08</td><td>2.6E-07</td><td>7.8E-08</td><td>13.0</td></tr> <tr><td>過渡事象-補助給水失敗</td><td>4.8E-07</td><td>1.2E-06</td><td>5.7E-06</td><td>2.3E-06</td><td>3.4</td></tr> <tr><td>機械冷却水喪失-RCPシールドLOCA</td><td>1.5E-07</td><td>4.2E-06</td><td>1.2E-04</td><td>2.9E-05</td><td>20.3</td></tr> <tr><td>機械冷却水喪失-加圧蓄熱器/非-安全弁LOCA</td><td>4.5E-09</td><td>1.2E-07</td><td>3.0E-06</td><td>8.5E-07</td><td>24.5</td></tr> <tr><td>機械冷却水喪失-補助給水失敗</td><td>6.3E-11</td><td>9.0E-10</td><td>1.5E-08</td><td>4.3E-09</td><td>15.5</td></tr> <tr><td>手動停止-補助給水失敗</td><td>1.1E-06</td><td>2.9E-06</td><td>1.4E-05</td><td>5.6E-06</td><td>3.9</td></tr> </tbody> </table>	事故シナシス	下限値 (/炉年)	中央値 (/炉年)	上限値 (/炉年)	平均値 (/炉年)	EF	全CDF	3.7E-06	2.2E-05	1.3E-04	5.1E-05	4.1	大破断LOCA 高圧再循環失敗+スプレイ再循環失敗	5.1E-14	1.0E-12	2.3E-11	7.9E-12	21.2	大破断LOCA 低圧再循環失敗+高圧再循環失敗	5.8E-12	1.6E-10	2.9E-09	9.2E-10	17.2	大破断LOCA スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗	1.2E-15	3.7E-14	1.8E-12	6.1E-13	38.2	大破断LOCA スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗+高圧再循環失敗	1.6E-12	3.2E-12	8.4E-11	2.5E-11	23.1	大破断LOCA 高圧注入失敗	5.9E-14	1.1E-12	2.4E-11	7.0E-12	20.5	大破断LOCA 低圧注入失敗	4.2E-11	6.5E-10	1.2E-08	3.4E-09	16.8	中破断LOCA スプレイ再循環失敗	6.7E-11	1.2E-09	2.5E-08	7.2E-09	19.4	中破断LOCA 高圧再循環失敗	6.5E-11	1.0E-09	1.8E-08	4.8E-09	16.6	中破断LOCA スプレイ注入失敗	4.8E-11	8.4E-10	1.8E-08	4.4E-09	18.5	中破断LOCA 高圧注入失敗	1.1E-12	3.2E-12	7.2E-11	2.2E-11	21.7	中破断LOCA 低圧注入失敗	5.0E-09	1.5E-07	2.9E-06	7.0E-07	16.7	小破断LOCA スプレイ再循環失敗	2.1E-10	3.8E-09	7.7E-08	2.2E-08	19.3	小破断LOCA 高圧再循環失敗	2.2E-10	3.4E-09	5.7E-08	1.6E-08	16.1	小破断LOCA スプレイ注入失敗	1.5E-10	2.7E-09	5.1E-08	1.4E-08	15.2	小破断LOCA 高圧注入失敗	2.9E-08	4.0E-07	8.1E-06	2.2E-06	16.7	小破断LOCA 補助給水失敗	7.1E-11	1.1E-09	1.8E-08	5.5E-09	16.1	ISLOCA 直接炉心損傷	1.1E-12	3.6E-12	1.1E-10	3.1E-11	30.8	主給水流量喪失-補助給水失敗	3.5E-09	1.3E-07	7.2E-07	2.6E-07	4.6	内部電源喪失-補助給水失敗	1.1E-08	4.9E-08	3.2E-07	1.2E-07	5.7	外部電源喪失-非常用炉内電源の確立失敗	1.1E-09	5.2E-09	2.6E-05	8.4E-06	4.9	ATWS 炉心損傷直結	1.3E-10	1.5E-09	2.9E-08	8.2E-09	15.3	2次冷却系破断-補助給水失敗	4.8E-09	1.3E-07	4.1E-06	1.1E-06	29.2	2次冷却系破断-主蒸気隔離失敗	2.1E-12	6.0E-12	2.0E-10	6.7E-11	30.8	SGTR 燃料棒の損傷失敗	3.2E-09	4.2E-08	6.6E-07	2.0E-07	14.4	SGTR 補助給水失敗	1.5E-09	1.8E-08	2.6E-07	7.8E-08	13.0	過渡事象-補助給水失敗	4.8E-07	1.2E-06	5.7E-06	2.3E-06	3.4	機械冷却水喪失-RCPシールドLOCA	1.5E-07	4.2E-06	1.2E-04	2.9E-05	20.3	機械冷却水喪失-加圧蓄熱器/非-安全弁LOCA	4.5E-09	1.2E-07	3.0E-06	8.5E-07	24.5	機械冷却水喪失-補助給水失敗	6.3E-11	9.0E-10	1.5E-08	4.3E-09	15.5	手動停止-補助給水失敗	1.1E-06	2.9E-06	1.4E-05	5.6E-06	3.9	<p>第3.1.1.h-11表 不確かさ評価結果</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>事故シナシスグループ</th> <th>平均値</th> <th>下限値 (5%)</th> <th>中央値 (50%)</th> <th>上限値 (95%)</th> <th>EF</th> </tr> </thead> <tbody> <tr><td>TQUX</td><td>1.4E-07</td><td>1.9E-09</td><td>3.0E-08</td><td>5.1E-07</td><td>16</td></tr> <tr><td>TQUV</td><td>2.6E-11</td><td>4.3E-12</td><td>1.4E-11</td><td>7.8E-11</td><td>4</td></tr> <tr><td>TW</td><td>5.5E-05</td><td>8.4E-06</td><td>3.4E-05</td><td>1.7E-04</td><td>4</td></tr> <tr><td>長期TB</td><td>5.9E-11</td><td>3.3E-12</td><td>2.6E-11</td><td>2.1E-10</td><td>8</td></tr> <tr><td>TBU</td><td>1.3E-12</td><td>6.4E-14</td><td>4.8E-13</td><td>4.5E-12</td><td>8</td></tr> <tr><td>TBP</td><td>9.0E-13</td><td>4.5E-15</td><td>1.2E-13</td><td>3.3E-12</td><td>27</td></tr> <tr><td>TBD</td><td>4.5E-12</td><td>1.0E-13</td><td>1.3E-12</td><td>1.8E-11</td><td>13</td></tr> <tr><td>AE</td><td>4.0E-14</td><td>1.2E-16</td><td>4.1E-15</td><td>1.3E-13</td><td>34</td></tr> <tr><td>S1E</td><td>2.2E-12</td><td>7.3E-15</td><td>2.4E-13</td><td>9.1E-12</td><td>35</td></tr> <tr><td>S2E</td><td>4.6E-14</td><td>2.0E-16</td><td>5.3E-15</td><td>1.5E-13</td><td>27</td></tr> <tr><td>ISLOCA</td><td>2.4E-09</td><td>7.5E-10</td><td>2.0E-09</td><td>5.6E-09</td><td>3</td></tr> <tr><td>TC</td><td>4.0E-09</td><td>2.9E-10</td><td>1.7E-09</td><td>1.3E-08</td><td>7</td></tr> <tr><td>合計</td><td>5.5E-05</td><td>8.7E-06</td><td>3.4E-05</td><td>1.7E-04</td><td>4</td></tr> </tbody> </table>	事故シナシスグループ	平均値	下限値 (5%)	中央値 (50%)	上限値 (95%)	EF	TQUX	1.4E-07	1.9E-09	3.0E-08	5.1E-07	16	TQUV	2.6E-11	4.3E-12	1.4E-11	7.8E-11	4	TW	5.5E-05	8.4E-06	3.4E-05	1.7E-04	4	長期TB	5.9E-11	3.3E-12	2.6E-11	2.1E-10	8	TBU	1.3E-12	6.4E-14	4.8E-13	4.5E-12	8	TBP	9.0E-13	4.5E-15	1.2E-13	3.3E-12	27	TBD	4.5E-12	1.0E-13	1.3E-12	1.8E-11	13	AE	4.0E-14	1.2E-16	4.1E-15	1.3E-13	34	S1E	2.2E-12	7.3E-15	2.4E-13	9.1E-12	35	S2E	4.6E-14	2.0E-16	5.3E-15	1.5E-13	27	ISLOCA	2.4E-09	7.5E-10	2.0E-09	5.6E-09	3	TC	4.0E-09	2.9E-10	1.7E-09	1.3E-08	7	合計	5.5E-05	8.7E-06	3.4E-05	1.7E-04	4	<p>第3.1.1.h-10表 全CDF及び事故シナシス別CDF不確かさ解析結果</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>事故シナシス</th> <th>下限値 (/炉年)</th> <th>中央値 (/炉年)</th> <th>上限値 (/炉年)</th> <th>平均値 (/炉年)</th> <th>EF</th> </tr> </thead> <tbody> <tr><td>全CDF</td><td>1.7E-05</td><td>8.5E-05</td><td>8.4E-04</td><td>2.3E-04</td><td>7.0</td></tr> <tr><td>大破断LOCA + 高圧再循環失敗+格納容器スプレイ再循環失敗</td><td>1.3E-14</td><td>8.7E-13</td><td>1.4E-11</td><td>4.9E-12</td><td>82.0</td></tr> <tr><td>大破断LOCA + 低圧再循環失敗+高圧再循環失敗</td><td>1.2E-10</td><td>2.7E-09</td><td>5.8E-08</td><td>1.6E-08</td><td>21.9</td></tr> <tr><td>大破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗</td><td>2.1E-16</td><td>7.4E-15</td><td>3.9E-13</td><td>1.9E-13</td><td>43.5</td></tr> <tr><td>大破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗+高圧再循環失敗</td><td>4.0E-15</td><td>1.2E-13</td><td>4.4E-12</td><td>1.5E-12</td><td>33.1</td></tr> <tr><td>大破断LOCA+高圧注入失敗</td><td>1.1E-10</td><td>1.9E-09</td><td>3.3E-08</td><td>9.1E-09</td><td>17.2</td></tr> <tr><td>大破断LOCA+低圧注入失敗</td><td>3.5E-11</td><td>5.5E-10</td><td>9.7E-09</td><td>2.6E-09</td><td>16.0</td></tr> <tr><td>中破断LOCA+格納容器スプレイ再循環失敗</td><td>5.2E-11</td><td>1.1E-09</td><td>3.2E-08</td><td>1.0E-08</td><td>20.6</td></tr> <tr><td>中破断LOCA+高圧再循環失敗</td><td>4.5E-10</td><td>8.8E-09</td><td>1.9E-07</td><td>5.0E-08</td><td>20.6</td></tr> <tr><td>中破断LOCA+格納容器スプレイ注入失敗</td><td>4.8E-11</td><td>9.3E-10</td><td>2.3E-08</td><td>9.4E-09</td><td>22.0</td></tr> <tr><td>中破断LOCA+高圧注入失敗</td><td>8.2E-14</td><td>2.0E-12</td><td>6.2E-11</td><td>1.9E-11</td><td>27.5</td></tr> <tr><td>中破断LOCA+低圧注入失敗</td><td>2.7E-10</td><td>5.0E-09</td><td>1.1E-07</td><td>3.4E-08</td><td>19.9</td></tr> <tr><td>小破断LOCA+格納容器スプレイ再循環失敗</td><td>1.7E-10</td><td>3.7E-09</td><td>9.6E-08</td><td>3.2E-08</td><td>23.6</td></tr> <tr><td>小破断LOCA+高圧再循環失敗</td><td>1.5E-09</td><td>2.8E-08</td><td>5.8E-07</td><td>1.6E-07</td><td>20.0</td></tr> <tr><td>小破断LOCA+格納容器スプレイ注入失敗</td><td>1.2E-10</td><td>2.6E-09</td><td>6.3E-08</td><td>2.2E-08</td><td>21.9</td></tr> <tr><td>小破断LOCA+高圧注入失敗</td><td>1.4E-08</td><td>2.5E-07</td><td>4.7E-06</td><td>1.4E-06</td><td>18.7</td></tr> <tr><td>小破断LOCA+補助給水失敗</td><td>8.9E-11</td><td>1.5E-09</td><td>3.3E-08</td><td>9.2E-09</td><td>19.4</td></tr> <tr><td>インターフェイスシステムLOCA</td><td>1.1E-13</td><td>3.0E-12</td><td>1.1E-10</td><td>3.1E-11</td><td>30.8</td></tr> <tr><td>主給水流量喪失+補助給水失敗</td><td>5.3E-08</td><td>2.5E-07</td><td>1.9E-06</td><td>6.2E-07</td><td>6.0</td></tr> <tr><td>外部電源喪失+補助給水失敗</td><td>8.1E-09</td><td>4.3E-08</td><td>3.7E-07</td><td>1.2E-07</td><td>6.8</td></tr> <tr><td>外部電源喪失+非常用炉内交差電源喪失</td><td>3.1E-07</td><td>1.6E-06</td><td>1.0E-05</td><td>3.2E-06</td><td>5.7</td></tr> <tr><td>ATWS</td><td>1.1E-10</td><td>1.7E-09</td><td>3.7E-08</td><td>1.1E-08</td><td>18.6</td></tr> <tr><td>2次冷却系の破断+補助給水失敗</td><td>5.1E-09</td><td>1.4E-07</td><td>4.1E-06</td><td>1.2E-06</td><td>28.4</td></tr> <tr><td>2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗</td><td>1.8E-13</td><td>5.7E-12</td><td>2.3E-10</td><td>6.9E-11</td><td>35.4</td></tr> <tr><td>蓄気発生器電熱管破断+蓄気発生器の隔離失敗</td><td>3.3E-09</td><td>4.8E-08</td><td>8.5E-07</td><td>2.4E-07</td><td>16.2</td></tr> <tr><td>蓄気発生器電熱管破断+補助給水失敗</td><td>1.5E-09</td><td>1.9E-08</td><td>3.4E-07</td><td>1.1E-07</td><td>14.9</td></tr> <tr><td>過渡事象+補助給水失敗</td><td>7.3E-07</td><td>2.4E-06</td><td>1.6E-05</td><td>5.2E-06</td><td>4.7</td></tr> <tr><td>原子炉補機冷却機喪失+RCPシールドLOCA</td><td>4.5E-06</td><td>6.0E-05</td><td>7.7E-04</td><td>2.0E-04</td><td>13.0</td></tr> <tr><td>原子炉補機冷却機喪失+加圧蓄熱器/非-安全弁LOCA</td><td>5.2E-09</td><td>1.2E-07</td><td>3.1E-06</td><td>8.8E-07</td><td>24.3</td></tr> <tr><td>原子炉補機冷却機喪失+補助給水失敗</td><td>1.1E-10</td><td>1.8E-09</td><td>3.6E-08</td><td>1.0E-08</td><td>18.4</td></tr> <tr><td>手動停止+補助給水失敗</td><td>1.8E-06</td><td>5.8E-06</td><td>3.9E-05</td><td>1.2E-05</td><td>4.7</td></tr> </tbody> </table>	事故シナシス	下限値 (/炉年)	中央値 (/炉年)	上限値 (/炉年)	平均値 (/炉年)	EF	全CDF	1.7E-05	8.5E-05	8.4E-04	2.3E-04	7.0	大破断LOCA + 高圧再循環失敗+格納容器スプレイ再循環失敗	1.3E-14	8.7E-13	1.4E-11	4.9E-12	82.0	大破断LOCA + 低圧再循環失敗+高圧再循環失敗	1.2E-10	2.7E-09	5.8E-08	1.6E-08	21.9	大破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗	2.1E-16	7.4E-15	3.9E-13	1.9E-13	43.5	大破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗+高圧再循環失敗	4.0E-15	1.2E-13	4.4E-12	1.5E-12	33.1	大破断LOCA+高圧注入失敗	1.1E-10	1.9E-09	3.3E-08	9.1E-09	17.2	大破断LOCA+低圧注入失敗	3.5E-11	5.5E-10	9.7E-09	2.6E-09	16.0	中破断LOCA+格納容器スプレイ再循環失敗	5.2E-11	1.1E-09	3.2E-08	1.0E-08	20.6	中破断LOCA+高圧再循環失敗	4.5E-10	8.8E-09	1.9E-07	5.0E-08	20.6	中破断LOCA+格納容器スプレイ注入失敗	4.8E-11	9.3E-10	2.3E-08	9.4E-09	22.0	中破断LOCA+高圧注入失敗	8.2E-14	2.0E-12	6.2E-11	1.9E-11	27.5	中破断LOCA+低圧注入失敗	2.7E-10	5.0E-09	1.1E-07	3.4E-08	19.9	小破断LOCA+格納容器スプレイ再循環失敗	1.7E-10	3.7E-09	9.6E-08	3.2E-08	23.6	小破断LOCA+高圧再循環失敗	1.5E-09	2.8E-08	5.8E-07	1.6E-07	20.0	小破断LOCA+格納容器スプレイ注入失敗	1.2E-10	2.6E-09	6.3E-08	2.2E-08	21.9	小破断LOCA+高圧注入失敗	1.4E-08	2.5E-07	4.7E-06	1.4E-06	18.7	小破断LOCA+補助給水失敗	8.9E-11	1.5E-09	3.3E-08	9.2E-09	19.4	インターフェイスシステムLOCA	1.1E-13	3.0E-12	1.1E-10	3.1E-11	30.8	主給水流量喪失+補助給水失敗	5.3E-08	2.5E-07	1.9E-06	6.2E-07	6.0	外部電源喪失+補助給水失敗	8.1E-09	4.3E-08	3.7E-07	1.2E-07	6.8	外部電源喪失+非常用炉内交差電源喪失	3.1E-07	1.6E-06	1.0E-05	3.2E-06	5.7	ATWS	1.1E-10	1.7E-09	3.7E-08	1.1E-08	18.6	2次冷却系の破断+補助給水失敗	5.1E-09	1.4E-07	4.1E-06	1.2E-06	28.4	2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗	1.8E-13	5.7E-12	2.3E-10	6.9E-11	35.4	蓄気発生器電熱管破断+蓄気発生器の隔離失敗	3.3E-09	4.8E-08	8.5E-07	2.4E-07	16.2	蓄気発生器電熱管破断+補助給水失敗	1.5E-09	1.9E-08	3.4E-07	1.1E-07	14.9	過渡事象+補助給水失敗	7.3E-07	2.4E-06	1.6E-05	5.2E-06	4.7	原子炉補機冷却機喪失+RCPシールドLOCA	4.5E-06	6.0E-05	7.7E-04	2.0E-04	13.0	原子炉補機冷却機喪失+加圧蓄熱器/非-安全弁LOCA	5.2E-09	1.2E-07	3.1E-06	8.8E-07	24.3	原子炉補機冷却機喪失+補助給水失敗	1.1E-10	1.8E-09	3.6E-08	1.0E-08	18.4	手動停止+補助給水失敗	1.8E-06	5.8E-06	3.9E-05	1.2E-05	4.7	<p>【女川】【大飯】 ■個別評価による相違</p>
事故シナシス	下限値 (/炉年)	中央値 (/炉年)	上限値 (/炉年)	平均値 (/炉年)	EF																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
全CDF	3.7E-06	2.2E-05	1.3E-04	5.1E-05	4.1																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA 高圧再循環失敗+スプレイ再循環失敗	5.1E-14	1.0E-12	2.3E-11	7.9E-12	21.2																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA 低圧再循環失敗+高圧再循環失敗	5.8E-12	1.6E-10	2.9E-09	9.2E-10	17.2																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗	1.2E-15	3.7E-14	1.8E-12	6.1E-13	38.2																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗+高圧再循環失敗	1.6E-12	3.2E-12	8.4E-11	2.5E-11	23.1																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA 高圧注入失敗	5.9E-14	1.1E-12	2.4E-11	7.0E-12	20.5																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA 低圧注入失敗	4.2E-11	6.5E-10	1.2E-08	3.4E-09	16.8																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA スプレイ再循環失敗	6.7E-11	1.2E-09	2.5E-08	7.2E-09	19.4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA 高圧再循環失敗	6.5E-11	1.0E-09	1.8E-08	4.8E-09	16.6																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA スプレイ注入失敗	4.8E-11	8.4E-10	1.8E-08	4.4E-09	18.5																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA 高圧注入失敗	1.1E-12	3.2E-12	7.2E-11	2.2E-11	21.7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA 低圧注入失敗	5.0E-09	1.5E-07	2.9E-06	7.0E-07	16.7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA スプレイ再循環失敗	2.1E-10	3.8E-09	7.7E-08	2.2E-08	19.3																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA 高圧再循環失敗	2.2E-10	3.4E-09	5.7E-08	1.6E-08	16.1																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA スプレイ注入失敗	1.5E-10	2.7E-09	5.1E-08	1.4E-08	15.2																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA 高圧注入失敗	2.9E-08	4.0E-07	8.1E-06	2.2E-06	16.7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA 補助給水失敗	7.1E-11	1.1E-09	1.8E-08	5.5E-09	16.1																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
ISLOCA 直接炉心損傷	1.1E-12	3.6E-12	1.1E-10	3.1E-11	30.8																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
主給水流量喪失-補助給水失敗	3.5E-09	1.3E-07	7.2E-07	2.6E-07	4.6																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
内部電源喪失-補助給水失敗	1.1E-08	4.9E-08	3.2E-07	1.2E-07	5.7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
外部電源喪失-非常用炉内電源の確立失敗	1.1E-09	5.2E-09	2.6E-05	8.4E-06	4.9																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
ATWS 炉心損傷直結	1.3E-10	1.5E-09	2.9E-08	8.2E-09	15.3																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
2次冷却系破断-補助給水失敗	4.8E-09	1.3E-07	4.1E-06	1.1E-06	29.2																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
2次冷却系破断-主蒸気隔離失敗	2.1E-12	6.0E-12	2.0E-10	6.7E-11	30.8																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
SGTR 燃料棒の損傷失敗	3.2E-09	4.2E-08	6.6E-07	2.0E-07	14.4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
SGTR 補助給水失敗	1.5E-09	1.8E-08	2.6E-07	7.8E-08	13.0																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
過渡事象-補助給水失敗	4.8E-07	1.2E-06	5.7E-06	2.3E-06	3.4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
機械冷却水喪失-RCPシールドLOCA	1.5E-07	4.2E-06	1.2E-04	2.9E-05	20.3																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
機械冷却水喪失-加圧蓄熱器/非-安全弁LOCA	4.5E-09	1.2E-07	3.0E-06	8.5E-07	24.5																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
機械冷却水喪失-補助給水失敗	6.3E-11	9.0E-10	1.5E-08	4.3E-09	15.5																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
手動停止-補助給水失敗	1.1E-06	2.9E-06	1.4E-05	5.6E-06	3.9																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
事故シナシスグループ	平均値	下限値 (5%)	中央値 (50%)	上限値 (95%)	EF																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
TQUX	1.4E-07	1.9E-09	3.0E-08	5.1E-07	16																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
TQUV	2.6E-11	4.3E-12	1.4E-11	7.8E-11	4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
TW	5.5E-05	8.4E-06	3.4E-05	1.7E-04	4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
長期TB	5.9E-11	3.3E-12	2.6E-11	2.1E-10	8																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
TBU	1.3E-12	6.4E-14	4.8E-13	4.5E-12	8																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
TBP	9.0E-13	4.5E-15	1.2E-13	3.3E-12	27																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
TBD	4.5E-12	1.0E-13	1.3E-12	1.8E-11	13																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
AE	4.0E-14	1.2E-16	4.1E-15	1.3E-13	34																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
S1E	2.2E-12	7.3E-15	2.4E-13	9.1E-12	35																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
S2E	4.6E-14	2.0E-16	5.3E-15	1.5E-13	27																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
ISLOCA	2.4E-09	7.5E-10	2.0E-09	5.6E-09	3																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
TC	4.0E-09	2.9E-10	1.7E-09	1.3E-08	7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
合計	5.5E-05	8.7E-06	3.4E-05	1.7E-04	4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
事故シナシス	下限値 (/炉年)	中央値 (/炉年)	上限値 (/炉年)	平均値 (/炉年)	EF																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
全CDF	1.7E-05	8.5E-05	8.4E-04	2.3E-04	7.0																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA + 高圧再循環失敗+格納容器スプレイ再循環失敗	1.3E-14	8.7E-13	1.4E-11	4.9E-12	82.0																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA + 低圧再循環失敗+高圧再循環失敗	1.2E-10	2.7E-09	5.8E-08	1.6E-08	21.9																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗	2.1E-16	7.4E-15	3.9E-13	1.9E-13	43.5																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗+低圧再循環失敗+高圧再循環失敗	4.0E-15	1.2E-13	4.4E-12	1.5E-12	33.1																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA+高圧注入失敗	1.1E-10	1.9E-09	3.3E-08	9.1E-09	17.2																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
大破断LOCA+低圧注入失敗	3.5E-11	5.5E-10	9.7E-09	2.6E-09	16.0																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA+格納容器スプレイ再循環失敗	5.2E-11	1.1E-09	3.2E-08	1.0E-08	20.6																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA+高圧再循環失敗	4.5E-10	8.8E-09	1.9E-07	5.0E-08	20.6																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA+格納容器スプレイ注入失敗	4.8E-11	9.3E-10	2.3E-08	9.4E-09	22.0																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA+高圧注入失敗	8.2E-14	2.0E-12	6.2E-11	1.9E-11	27.5																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
中破断LOCA+低圧注入失敗	2.7E-10	5.0E-09	1.1E-07	3.4E-08	19.9																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA+格納容器スプレイ再循環失敗	1.7E-10	3.7E-09	9.6E-08	3.2E-08	23.6																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA+高圧再循環失敗	1.5E-09	2.8E-08	5.8E-07	1.6E-07	20.0																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA+格納容器スプレイ注入失敗	1.2E-10	2.6E-09	6.3E-08	2.2E-08	21.9																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA+高圧注入失敗	1.4E-08	2.5E-07	4.7E-06	1.4E-06	18.7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
小破断LOCA+補助給水失敗	8.9E-11	1.5E-09	3.3E-08	9.2E-09	19.4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
インターフェイスシステムLOCA	1.1E-13	3.0E-12	1.1E-10	3.1E-11	30.8																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
主給水流量喪失+補助給水失敗	5.3E-08	2.5E-07	1.9E-06	6.2E-07	6.0																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
外部電源喪失+補助給水失敗	8.1E-09	4.3E-08	3.7E-07	1.2E-07	6.8																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
外部電源喪失+非常用炉内交差電源喪失	3.1E-07	1.6E-06	1.0E-05	3.2E-06	5.7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
ATWS	1.1E-10	1.7E-09	3.7E-08	1.1E-08	18.6																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
2次冷却系の破断+補助給水失敗	5.1E-09	1.4E-07	4.1E-06	1.2E-06	28.4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗	1.8E-13	5.7E-12	2.3E-10	6.9E-11	35.4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
蓄気発生器電熱管破断+蓄気発生器の隔離失敗	3.3E-09	4.8E-08	8.5E-07	2.4E-07	16.2																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
蓄気発生器電熱管破断+補助給水失敗	1.5E-09	1.9E-08	3.4E-07	1.1E-07	14.9																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
過渡事象+補助給水失敗	7.3E-07	2.4E-06	1.6E-05	5.2E-06	4.7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
原子炉補機冷却機喪失+RCPシールドLOCA	4.5E-06	6.0E-05	7.7E-04	2.0E-04	13.0																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
原子炉補機冷却機喪失+加圧蓄熱器/非-安全弁LOCA	5.2E-09	1.2E-07	3.1E-06	8.8E-07	24.3																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
原子炉補機冷却機喪失+補助給水失敗	1.1E-10	1.8E-09	3.6E-08	1.0E-08	18.4																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		
手動停止+補助給水失敗	1.8E-06	5.8E-06	3.9E-05	1.2E-05	4.7																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																																		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																								
	<p style="text-align: center;">第3.1.1.h-12表 外部電源復旧に関する感度解析結果の比較</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 20%;">事故シナシグループ</th> <th style="width: 20%;">外部電源復旧有り (ベースケース)</th> <th style="width: 20%;">外部電源復旧無し</th> <th style="width: 40%;">外部電源復旧無し/ 外部電源復旧有り</th> </tr> </thead> <tbody> <tr><td>TQIX</td><td>1.9E-07</td><td>1.9E-07</td><td>1.03</td></tr> <tr><td>TQUN</td><td>2.9E-11</td><td>3.0E-11</td><td>1.02</td></tr> <tr><td>TW</td><td>5.5E-05</td><td>5.6E-05</td><td>1.01</td></tr> <tr><td>長期TB</td><td>6.1E-11</td><td>2.9E-09</td><td>46.62</td></tr> <tr><td>TBF</td><td>1.3E-12</td><td>1.2E-11</td><td>9.09</td></tr> <tr><td>TBP</td><td>9.3E-13</td><td>8.4E-12</td><td>9.09</td></tr> <tr><td>TBD</td><td>4.5E-12</td><td>4.5E-12</td><td>1.00</td></tr> <tr><td>AE</td><td>4.2E-14</td><td>4.2E-14</td><td>1.00</td></tr> <tr><td>S1E</td><td>3.3E-12</td><td>3.3E-12</td><td>1.00</td></tr> <tr><td>S2E</td><td>5.5E-14</td><td>5.5E-14</td><td>1.00</td></tr> <tr><td>ISLOCA</td><td>2.4E-09</td><td>2.4E-09</td><td>1.00</td></tr> <tr><td>TC</td><td>9.0E-00</td><td>9.0E-00</td><td>1.00</td></tr> <tr><td>合計</td><td>5.5E-05</td><td>5.6E-05</td><td>1.01</td></tr> </tbody> </table>	事故シナシグループ	外部電源復旧有り (ベースケース)	外部電源復旧無し	外部電源復旧無し/ 外部電源復旧有り	TQIX	1.9E-07	1.9E-07	1.03	TQUN	2.9E-11	3.0E-11	1.02	TW	5.5E-05	5.6E-05	1.01	長期TB	6.1E-11	2.9E-09	46.62	TBF	1.3E-12	1.2E-11	9.09	TBP	9.3E-13	8.4E-12	9.09	TBD	4.5E-12	4.5E-12	1.00	AE	4.2E-14	4.2E-14	1.00	S1E	3.3E-12	3.3E-12	1.00	S2E	5.5E-14	5.5E-14	1.00	ISLOCA	2.4E-09	2.4E-09	1.00	TC	9.0E-00	9.0E-00	1.00	合計	5.5E-05	5.6E-05	1.01		<p>【女川】</p> <p>■評価方針の相違</p> <p>・泊はベースケースで外部電源復旧に期待しておらず、感度解析として泊はRCPシールLOCAの発生確率及びインターフェイスシステムLOCAの発生頻度を対象に感度解析を実施している（RCPシールLOCAの発生確率の変更を対象とした感度解析は伊方、玄海と同様。インターフェイスシステムLOCAの発生頻度を対象とした感度解析は伊方、玄海、大飯と同様）</p>
事故シナシグループ	外部電源復旧有り (ベースケース)	外部電源復旧無し	外部電源復旧無し/ 外部電源復旧有り																																																								
TQIX	1.9E-07	1.9E-07	1.03																																																								
TQUN	2.9E-11	3.0E-11	1.02																																																								
TW	5.5E-05	5.6E-05	1.01																																																								
長期TB	6.1E-11	2.9E-09	46.62																																																								
TBF	1.3E-12	1.2E-11	9.09																																																								
TBP	9.3E-13	8.4E-12	9.09																																																								
TBD	4.5E-12	4.5E-12	1.00																																																								
AE	4.2E-14	4.2E-14	1.00																																																								
S1E	3.3E-12	3.3E-12	1.00																																																								
S2E	5.5E-14	5.5E-14	1.00																																																								
ISLOCA	2.4E-09	2.4E-09	1.00																																																								
TC	9.0E-00	9.0E-00	1.00																																																								
合計	5.5E-05	5.6E-05	1.01																																																								

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																				
<p>第1.1.1.h-8表 起因事象発生頻度の感度解析結果【プラント固有データの反映】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>起因事象</th> <th>基本ケース</th> <th>感度解析① (頻度論統計)</th> <th>感度解析② (ベイズ統計)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>手動停止</td> <td>2.3E-01/炉年</td> <td>9.6E-02/炉年</td> <td>1.6E-01/炉年</td> </tr> <tr> <td>過渡事象</td> <td>9.7E-02/炉年</td> <td>3.2E-02/炉年</td> <td>7.6E-02/炉年</td> </tr> <tr> <td>主給水流量喪失</td> <td>1.1E-02/炉年</td> <td>1.6E-02/炉年</td> <td>1.0E-02/炉年</td> </tr> </tbody> </table> <p>第1.1.1.h-9表 機器故障率の感度解析結果【プラント固有データの反映】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>故障モード</th> <th>基本ケース</th> <th>感度解析① (頻度論統計)</th> <th>感度解析② (ベイズ統計)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>電動補助給水ポンプ 起動失敗</td> <td>8.0E-05/d</td> <td>2.7E-04/d</td> <td>2.8E-04/d</td> </tr> <tr> <td>充電器 機能喪失</td> <td>1.3E-07/h</td> <td>1.4E-06/h</td> <td>8.2E-07/h</td> </tr> <tr> <td>高圧注入系 手動弁 SI-071B/C/D 閉塞</td> <td>8.5E-09/h</td> <td>6.6E-09/h</td> <td>3.3E-09/h</td> </tr> </tbody> </table> <p>第1.1.1.h-10表 全炉心損傷頻度の感度解析結果【プラント固有データの反映】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th></th> <th>基本ケース</th> <th>感度解析① (頻度論統計)</th> <th>感度解析② (ベイズ統計)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>全炉心損傷頻度</td> <td>6.4E-05/炉年</td> <td>5.9E-05/炉年</td> <td>6.1E-05/炉年</td> </tr> </tbody> </table>	起因事象	基本ケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)	手動停止	2.3E-01/炉年	9.6E-02/炉年	1.6E-01/炉年	過渡事象	9.7E-02/炉年	3.2E-02/炉年	7.6E-02/炉年	主給水流量喪失	1.1E-02/炉年	1.6E-02/炉年	1.0E-02/炉年	故障モード	基本ケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)	電動補助給水ポンプ 起動失敗	8.0E-05/d	2.7E-04/d	2.8E-04/d	充電器 機能喪失	1.3E-07/h	1.4E-06/h	8.2E-07/h	高圧注入系 手動弁 SI-071B/C/D 閉塞	8.5E-09/h	6.6E-09/h	3.3E-09/h		基本ケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)	全炉心損傷頻度	6.4E-05/炉年	5.9E-05/炉年	6.1E-05/炉年	<p>第3.1.1.h-13表 プラント固有データに関する感度解析結果 (起因事象発生頻度)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>起因事象</th> <th>ベースケース</th> <th>感度解析① (頻度論統計)</th> <th>感度解析② (ベイズ統計)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>RPS誤動作等</td> <td>5.5E-02</td> <td>9.6E-02</td> <td>5.9E-02</td> </tr> <tr> <td>通常停止</td> <td>1.7E+00</td> <td>1.7E+00</td> <td>1.7E+00</td> </tr> </tbody> </table> <p>第3.1.1.h-14表 プラント固有データに関する感度解析結果 (機器故障率)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>機器故障モード</th> <th>ベースケース</th> <th>感度解析① (頻度論統計)</th> <th>感度解析② (ベイズ統計)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>リミットスイッチ 不動作</td> <td>5.5E-09</td> <td>5.0E-08</td> <td>1.7E-08</td> </tr> </tbody> </table> <p>第3.1.1.h-15表 プラント固有データに関する感度解析結果 (全炉心損傷頻度)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th></th> <th>ベースケース</th> <th>感度解析① (頻度論統計)</th> <th>感度解析② (ベイズ統計)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>全炉心損傷頻度</td> <td>5.5E-05</td> <td>6.3E-05</td> <td>5.6E-05</td> </tr> </tbody> </table>	起因事象	ベースケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)	RPS誤動作等	5.5E-02	9.6E-02	5.9E-02	通常停止	1.7E+00	1.7E+00	1.7E+00	機器故障モード	ベースケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)	リミットスイッチ 不動作	5.5E-09	5.0E-08	1.7E-08		ベースケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)	全炉心損傷頻度	5.5E-05	6.3E-05	5.6E-05		<p>【女川】【大飯】</p> <p>■評価方針による相違</p> <p>・泊は運転実績が少ないため、プラント固有データを用いた統計処理による感度解析は実施しておらず、感度解析として泊はRCPシールLOCAの発生確率及びインターフェイスシステムLOCAの発生頻度を対象に感度解析を実施している（RCPシールLOCAの発生確率の変更を対象とした感度解析は伊方、玄海と同様。インターフェイスシステムLOCAの発生頻度を対象とした感度解析は伊方、玄海、大飯と同様）</p>
起因事象	基本ケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)																																																																				
手動停止	2.3E-01/炉年	9.6E-02/炉年	1.6E-01/炉年																																																																				
過渡事象	9.7E-02/炉年	3.2E-02/炉年	7.6E-02/炉年																																																																				
主給水流量喪失	1.1E-02/炉年	1.6E-02/炉年	1.0E-02/炉年																																																																				
故障モード	基本ケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)																																																																				
電動補助給水ポンプ 起動失敗	8.0E-05/d	2.7E-04/d	2.8E-04/d																																																																				
充電器 機能喪失	1.3E-07/h	1.4E-06/h	8.2E-07/h																																																																				
高圧注入系 手動弁 SI-071B/C/D 閉塞	8.5E-09/h	6.6E-09/h	3.3E-09/h																																																																				
	基本ケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)																																																																				
全炉心損傷頻度	6.4E-05/炉年	5.9E-05/炉年	6.1E-05/炉年																																																																				
起因事象	ベースケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)																																																																				
RPS誤動作等	5.5E-02	9.6E-02	5.9E-02																																																																				
通常停止	1.7E+00	1.7E+00	1.7E+00																																																																				
機器故障モード	ベースケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)																																																																				
リミットスイッチ 不動作	5.5E-09	5.0E-08	1.7E-08																																																																				
	ベースケース	感度解析① (頻度論統計)	感度解析② (ベイズ統計)																																																																				
全炉心損傷頻度	5.5E-05	6.3E-05	5.6E-05																																																																				

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシスグループ及び重要事故シナシス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: center;">＜概要＞</p> <p style="text-align: center;">第 3.1.1-1 図 内部事象レベル1 PRA 評価フロー</p> <p>○プラント構成・特性の調査</p> <p>○起因事象の選定と発生頻度の評価</p> <p>○成功基準の設定</p> <p>○事故シナシスの分析</p> <p>○システム信頼性解析</p> <p>○人間信頼性解析</p> <p>○パラメータの作成</p> <p>○事故シナシスの定量化</p> <p>概要：大阪3/4号炉の設計及び運転の特性を把握するためにプラントに関する各種情報を収集する。既知のPRA、本炉3/4号炉の特徴を踏まえて、炉心損傷に至る可能性のある起因事象を選定し、その発生頻度を算出する。炉心損傷を防止するためにひつような緩和設備又は緩和操作の適合性や、緩和設備や緩和操作がその機能を達成するために必要な条件を設定する。選定した起因事象に対して、炉心損傷を防止するために必要な安全機能及び安全機能を達成するために必要な緩和設備や緩和操作を検討し、炉心損傷に至る事故シナシスを展開する。「事故シナシスの分析」で同定されたイベントツリーによるシステム信頼性の解析を実施する。起因事象発生時の作業及び発生後の緩和操作を対象として、それらに適用する適宜で取り得る人的過誤を同定し、その発生頻度を求める。システム信頼性解析や事故シナシスの定量化のために必要となる機器故障率、待機除外故障率等を評価するために必要となるパラメータを作成する。炉心損傷に至る事故シナシスの発生頻度を算出して全炉心損傷頻度を算出すると共に、主要結果に関する分析を実施する。</p>	<p style="text-align: center;">手順の概要</p> <p style="text-align: center;">第 3.1.1-1 図 内部事象レベル1 PRA 評価フロー</p> <p>A プラントの構成・特性の調査</p> <p>B 起因事象選定と発生頻度の評価</p> <p>C 成功基準の設定</p> <p>D 事故シナシスの分析</p> <p>E システム信頼性解析</p> <p>F 人間信頼性解析</p> <p>G パラメータの作成</p> <p>H 事故シナシスの定量化</p> <p>概要：対象施設の設計及び運転の特性を把握するため、プラントに関する各種情報を収集する。炉心損傷に至る可能性のある起因事象を同定し、その発生頻度を評価する。炉心損傷を防止するために必要とされる緩和設備又は緩和操作の組み合わせや、緩和設備や緩和操作がその機能を達成するために必要となる条件とある出力運転を同定する。選定した起因事象に対して、炉心損傷を防止するために必要な安全機能及び安全機能を達成するために必要な緩和設備や緩和操作を検討し、炉心損傷に至る事故シナシスを展開する。「事故シナシスの分析」で同定されたイベントツリーのヘッディングの分岐確率や最小カットセットを算出するために、そのヘッディングに対応するシステムの信頼性モデルを作成し、システムの非定常動作や動作モードを評価する。起因事象発生時の作業及び発生後の緩和操作を対象として、それらに適用する適宜で取り得る人的過誤を同定し、その発生頻度を求める。炉心損傷に至る事故シナシスの発生頻度を算出して全炉心損傷頻度を算出すると共に、主要結果に関する分析を実施する。</p>	<p style="text-align: center;">手順の概要</p> <p style="text-align: center;">第 3.1.1-1 図 内部事象レベル1 PRA 評価フロー</p> <p>A プラント構成・特性の調査</p> <p>B 起因事象の選定と発生頻度の評価</p> <p>C 成功基準の設定</p> <p>D 事故シナシスの分析</p> <p>E システム信頼性解析</p> <p>F 人間信頼性解析</p> <p>G パラメータの作成</p> <p>H 事故シナシスの定量化</p> <p>概要：対象施設の設計及び運転の特性を把握するため、プラントに関する各種情報を収集する。炉心損傷に至る可能性のある起因事象を同定し、その発生頻度を算出する。炉心損傷を防止するために必要とされる緩和設備又は緩和操作の組み合わせや、緩和設備や緩和操作がその機能を達成するために必要な条件である成功基準を同定する。選定した起因事象に対して、炉心損傷を防止するために必要な安全機能及び安全機能を達成するために必要な緩和設備や緩和操作を検討し、炉心損傷に至る事故シナシスを展開する。「事故シナシスの分析」で同定されたイベントツリーのヘッディングの分岐確率や最小カットセットを算出するために、そのヘッディングに対応するシステムの信頼性モデルを作成し、システムの非定常動作や動作モードを求める。起因事象発生時の作業及び発生後の緩和操作を対象として、それらに適用する適宜で取り得る人的過誤を同定し、その発生頻度を求める。炉心損傷に至る事故シナシスの発生頻度を算出して全炉心損傷頻度を算出すると共に、主要結果に関する分析を実施する。</p>	<p>相違理由</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第1.1.1.a-1 図 1 次冷却設備系統説明図</p>	<p>第3.1.1.a-1 図 主要設備の概要</p>	<p>第3.1.1.a-1 図 1 次冷却設備系統説明図</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

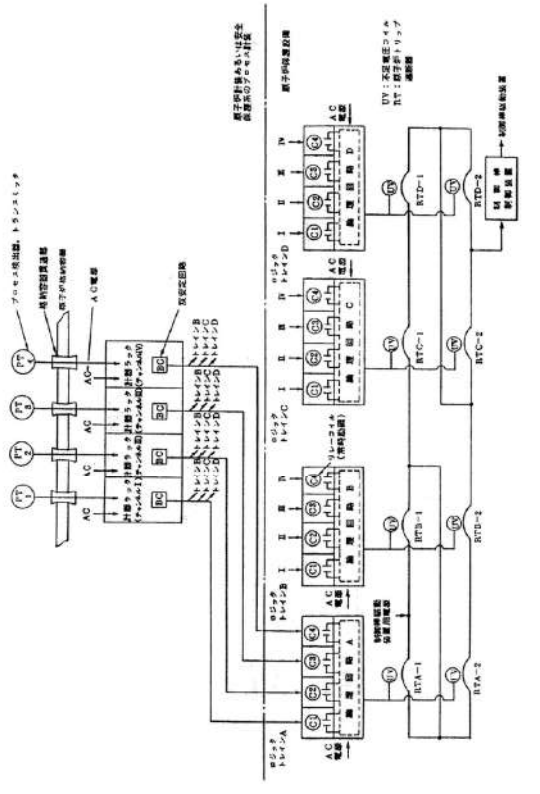
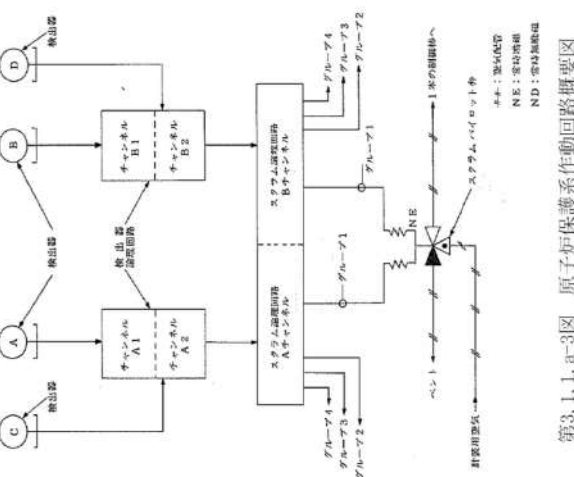
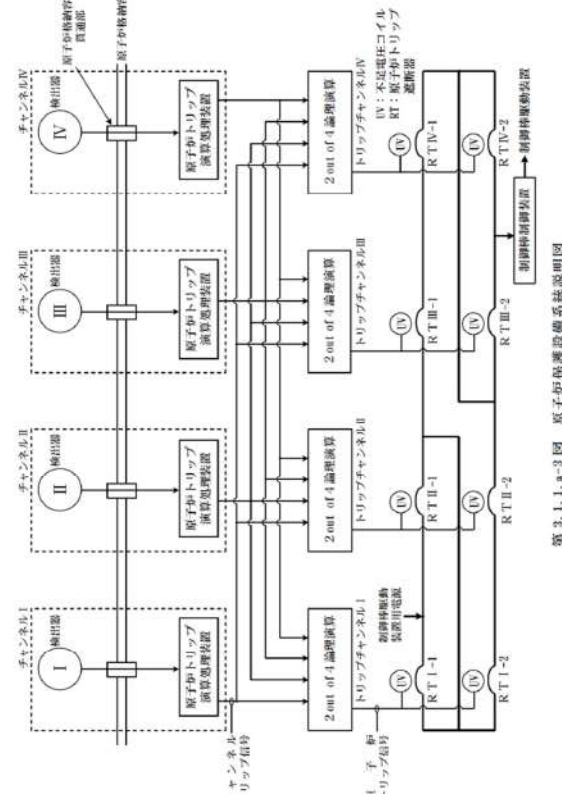
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第1.1.1.a-2図 工学的安全施設の概要</p> <p>第1.1.1.a-2図 工学的安全施設の概要</p>	<p>第3.1.1.a-2図 原子炉停止（原子炉スクラム）系及び制御体駆動系概要図（原子炉停止（原子炉スクラム）系及び制御体駆動系の作動前の状態を示す）</p> <p>第3.1.1.a-2図 原子炉停止（原子炉スクラム）系及び制御体駆動系概要図（原子炉停止（原子炉スクラム）系及び制御体駆動系の作動前の状態を示す）</p>	<p>第3.1.1.a-2図 工学的安全施設の概要</p> <p>第3.1.1.a-2図 工学的安全施設の概要</p>	<p>【女川】 【大飯】 ■設計の相違（着色せず）</p>

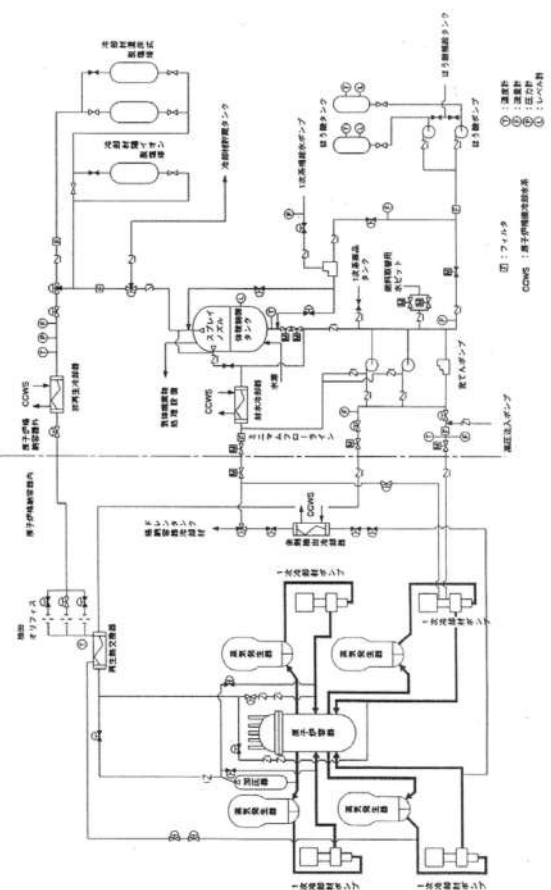
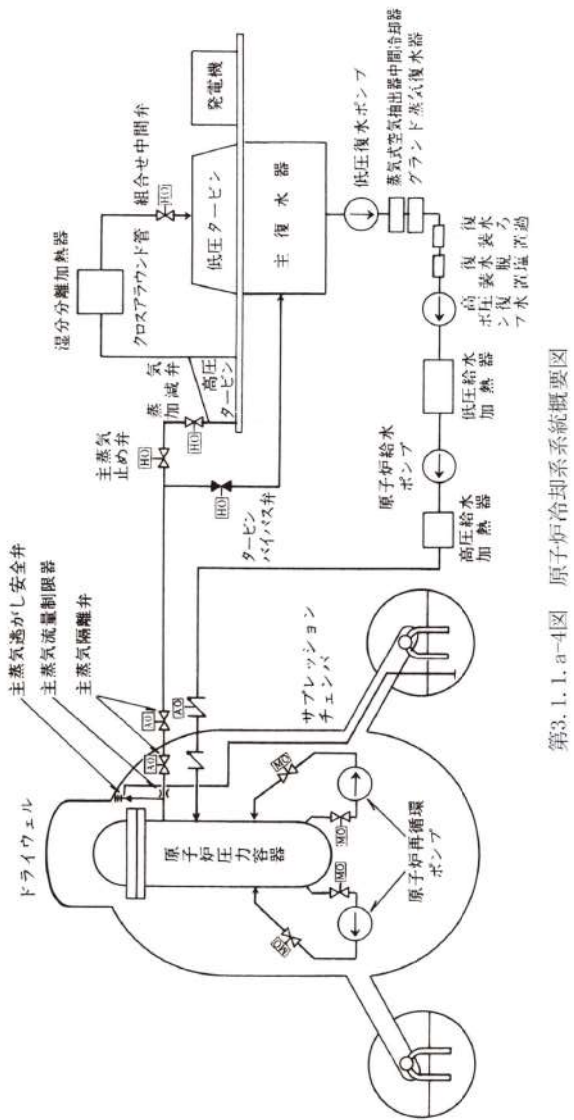
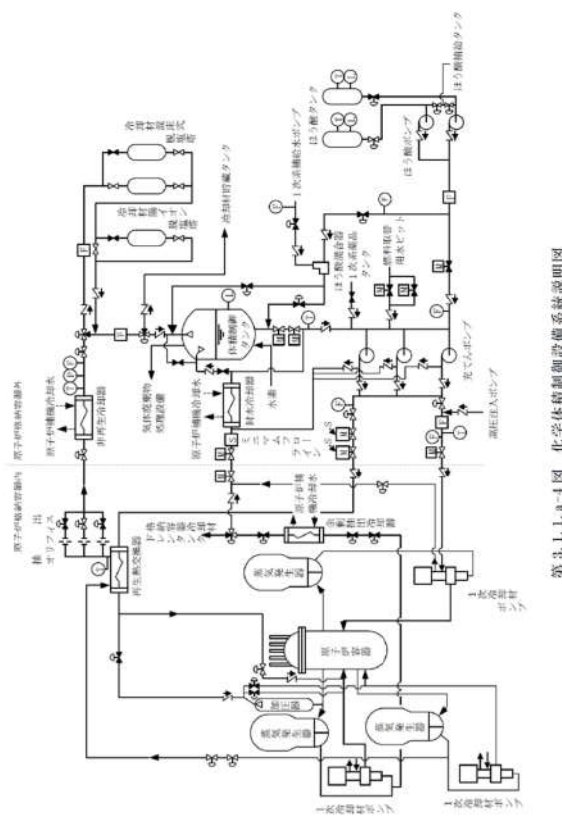
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第 3.1.1.a-3 図 原子炉保護系統説明図</p>	 <p>第 3.1.1.a-3 図 原子炉保護系統説明図</p>	 <p>第 3.1.1.a-3 図 原子炉保護系統説明図</p>	<p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第3.1.1.1.a-4 図 化学体積制御設備系統説明図</p>	 <p>第3.1.1.a-4 図 原子炉冷却系系統概要図</p>	 <p>第3.1.1.a-4 図 化学体積制御設備系統説明図</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

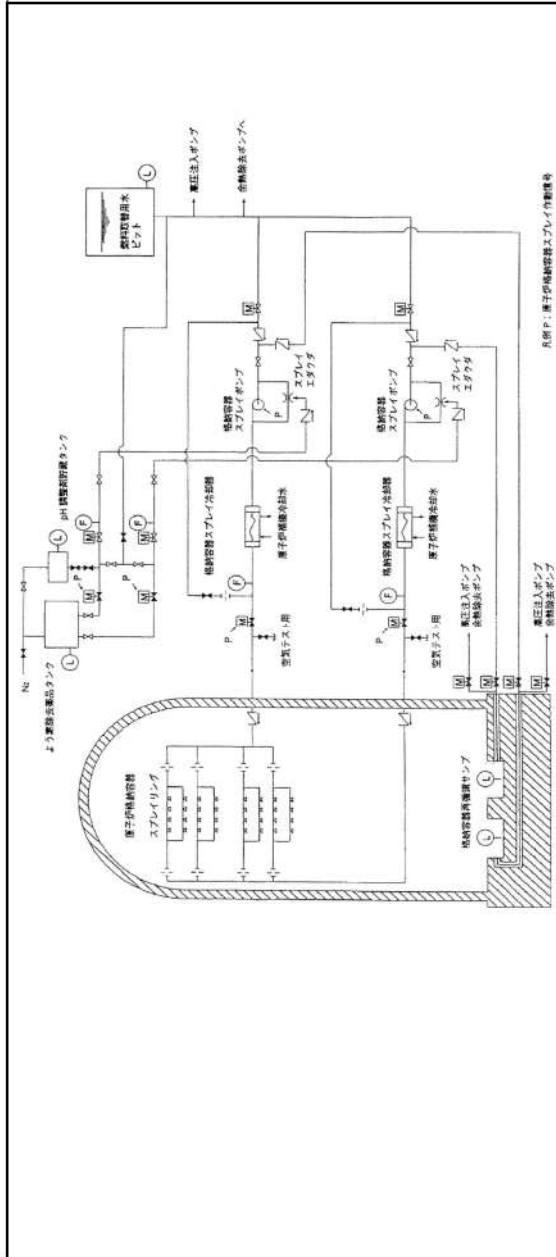
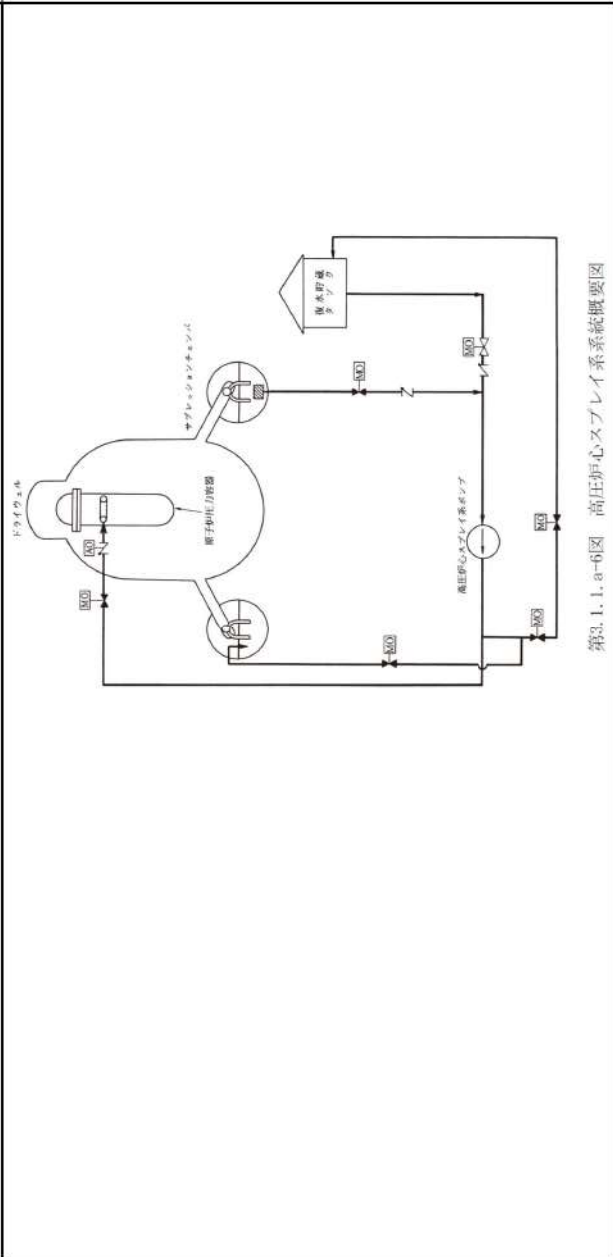
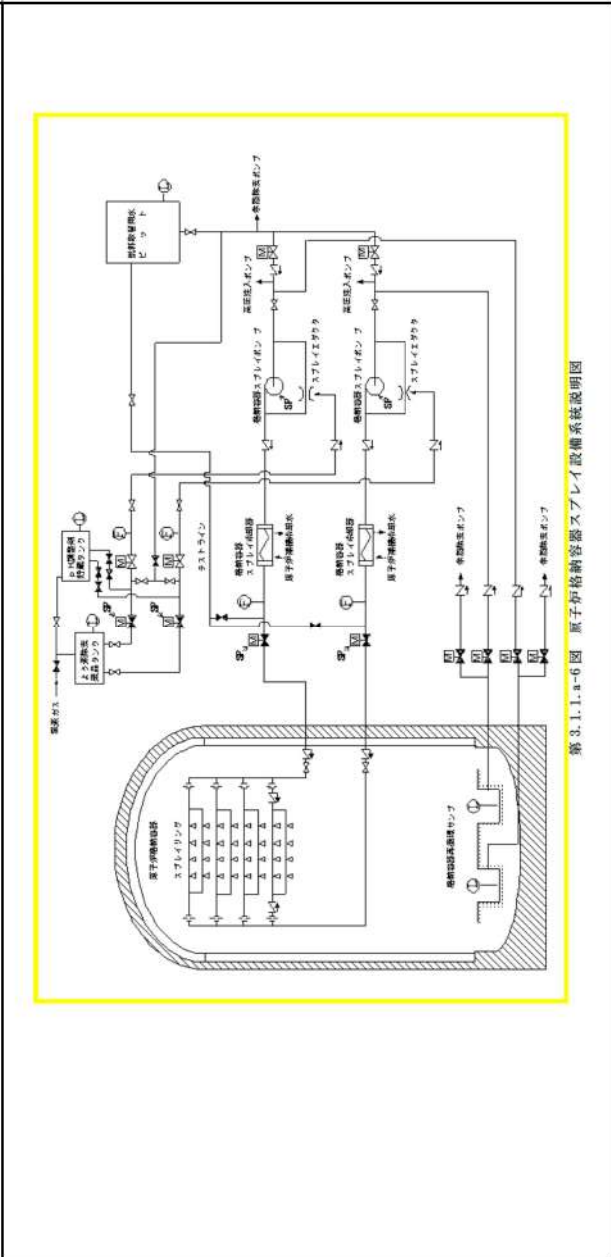
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第 1.1.1.a-5 図 非常用炉心冷却設備系統説明図</p>	<p>第3.1.1.a-5図 工学的安全施設作動の機能説明図</p>	<p>第 3.1.1.a-5 図 非常用炉心冷却設備系統説明図</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第1.1.1.a-6図 原子炉格納容器スプレイ設備系統説明図</p> <p>凡例P：原子炉格納容器スプレイ作動信号</p>	 <p>第3.1.1.a-6図 高圧炉心スプレイ系統概要図</p>	 <p>第3.1.1.a-6図 原子炉格納容器スプレイ設備系統説明図</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

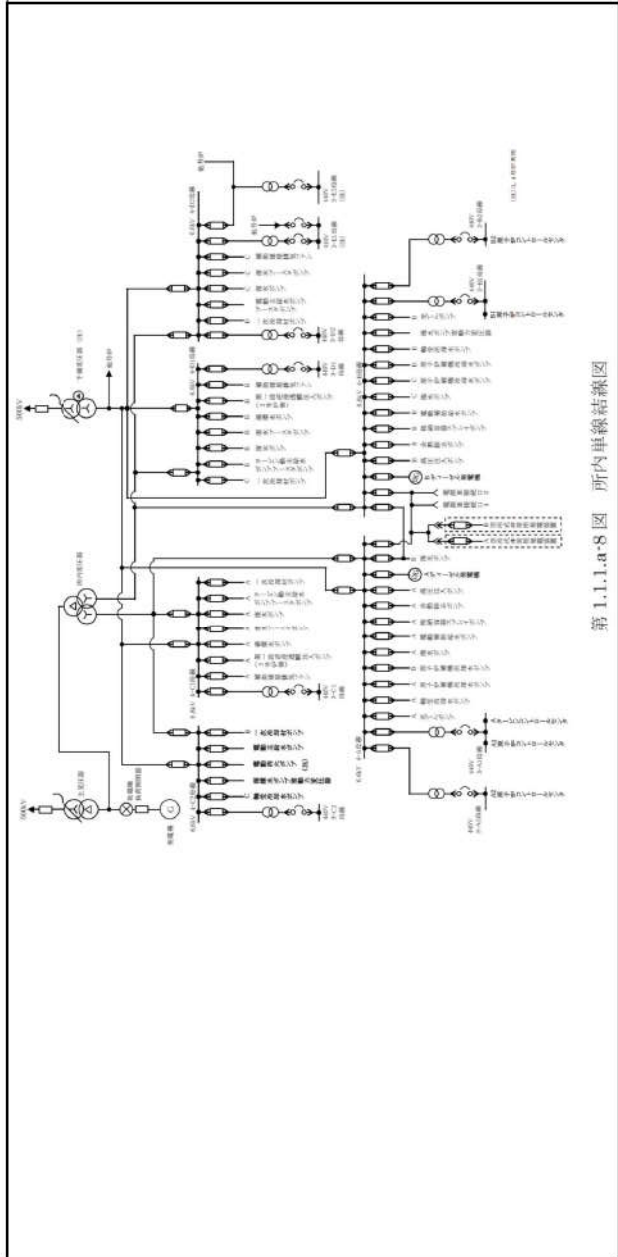
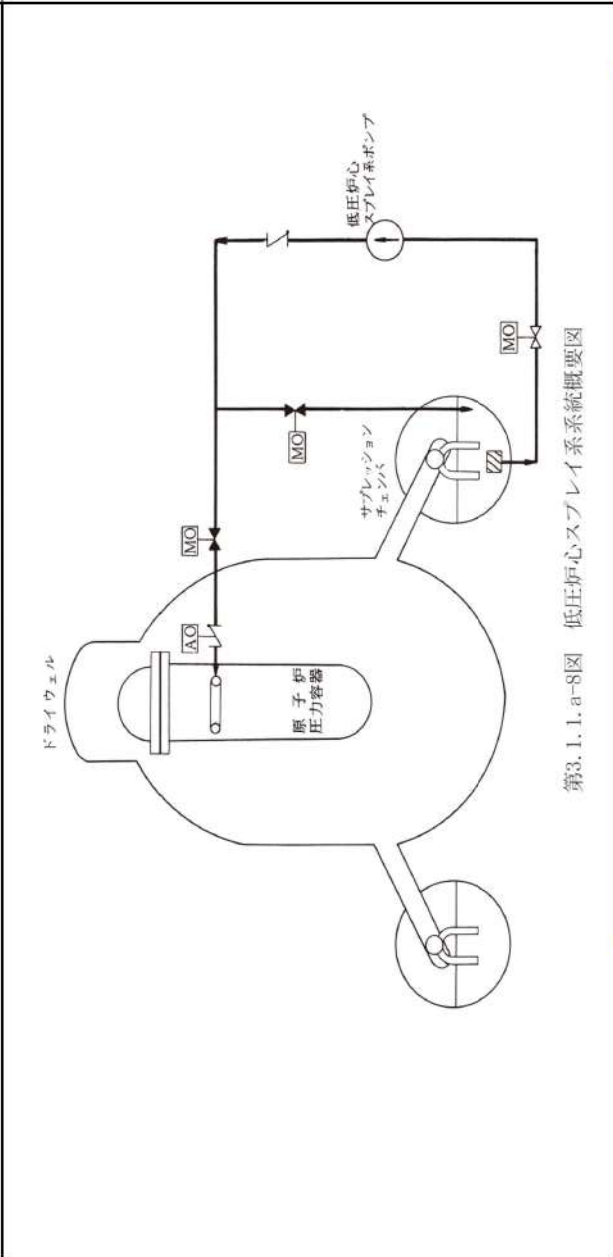
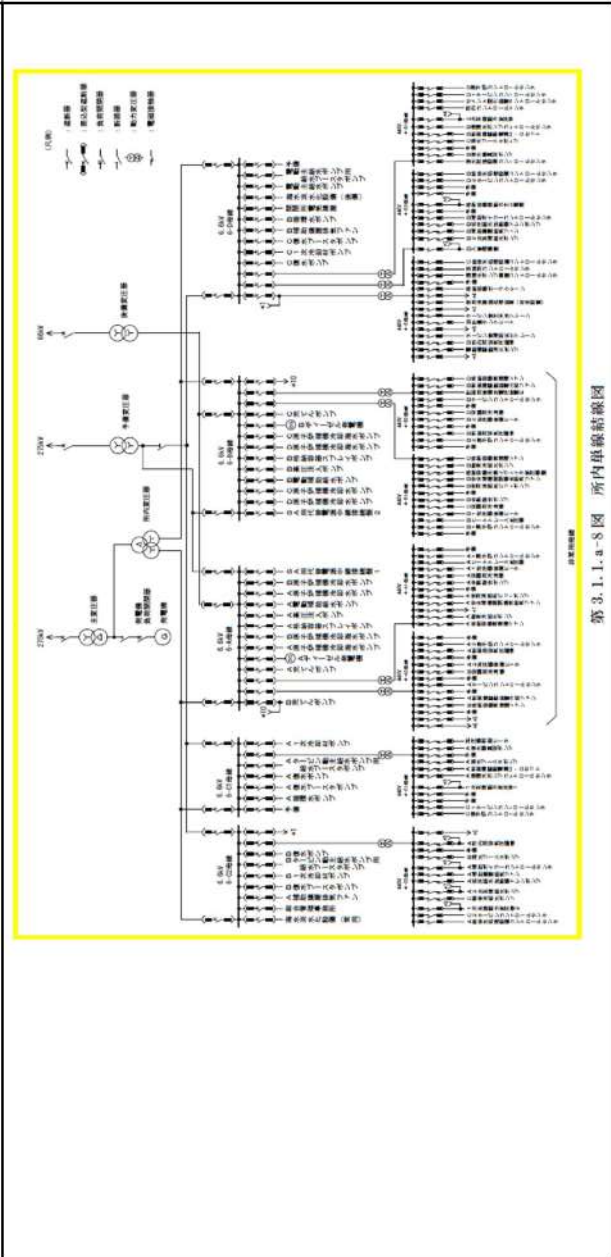
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第1.1.1.a-7図 開閉所単線結線図</p>	<p>第3.1.1.a-7図 原子炉隔離時冷却系系統概要図</p>	<p>第3.1.1.a-7図 開閉所単線結線図</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第1.1.1.a-8図 所内単線結線図</p>	 <p>第3.1.1.a-8図 低圧炉心スプレイ系系統概要図</p>	 <p>第3.1.1.a-8図 所内単線結線図</p>	<p>【女川】【大飯】 ■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第1.1.1.a-9図 直流単線結線図</p> <p>(注) メカニカルインターロック付</p>	<p>第3.1.1.a-9図 残留熱除去系（低圧注水モード）系統概要図</p>	<p>第3.1.1.a-9図 直流電源設備単線結線図</p>	<p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

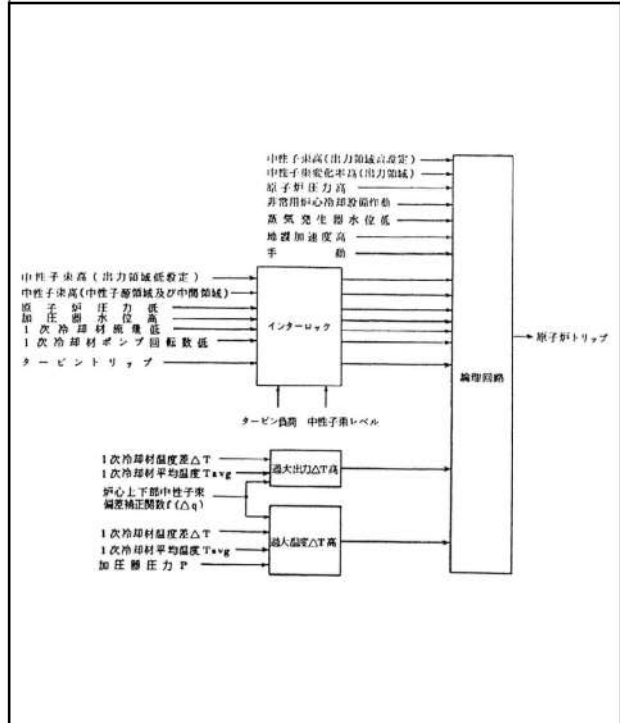
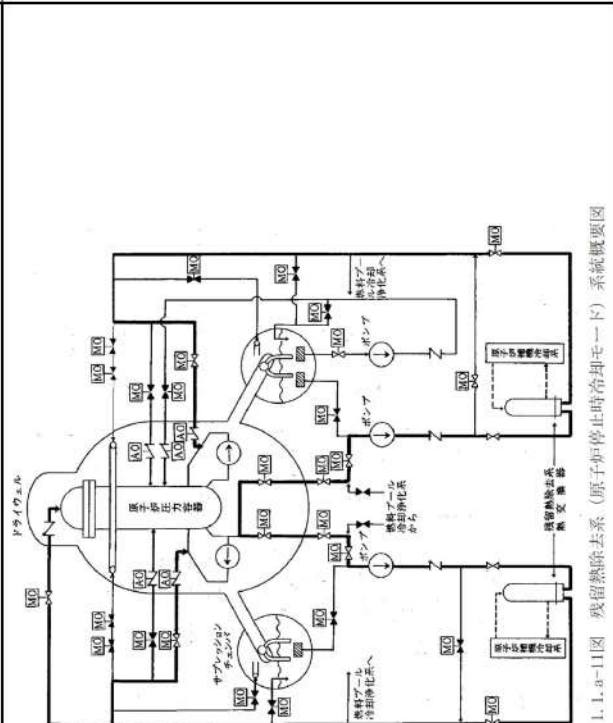
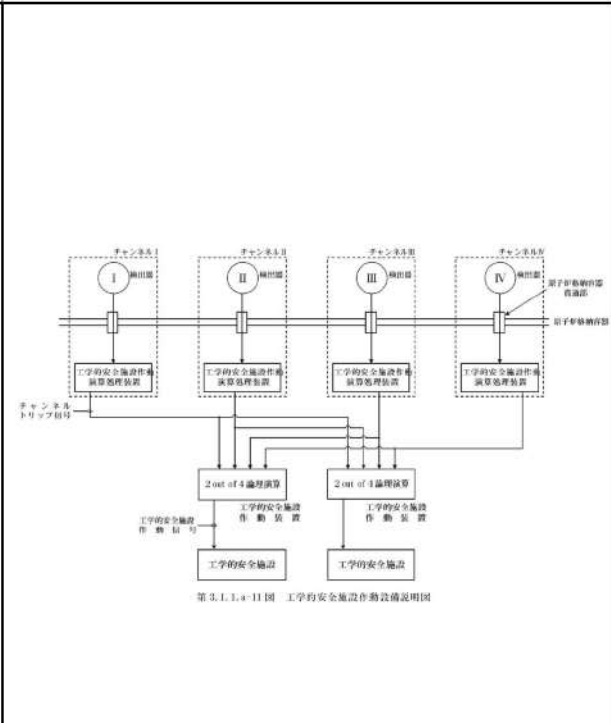
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所 3/4号炉	女川原子力発電所 2号炉	泊発電所 3号炉	相違理由
<p>大飯発電所 3/4号炉の計測制御用電源単線結線図。400V、125V、400Vの電源を各制御盤（A、B、C、D、E、G、F）へ供給する単線結線図が示されています。</p>	<p>女川原子力発電所 2号炉の残熱除去系（格納容器スプレッドモード）の系統概観図。ドライウェル、圧力容器、ポンプ、熱交換器などが示されています。</p>	<p>泊発電所 3号炉の計測制御用電源単線結線図。400V、125Vの電源を各制御盤へ供給する単線結線図が示されています。図面には黄色い枠が引かれています。</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>
<p>第 1.1.1.a-10 図 計測制御用電源単線結線図</p>	<p>第 3.1.1.a-10 図 残熱除去系（格納容器スプレッドモード）系統概観図</p>	<p>第 3.1.1.a-10 図 計測制御用電源単線結線図</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第 1.1.1.a-11 図 工学的的安全施設作動設備説明図</p>	 <p>第3.1.1.a-11図 残留熱除去系（原子炉停止時冷却モード）系統概要図</p>	 <p>第 3.1.1.a-11 図 工学的的安全施設作動設備説明図</p>	<p>【女川】【大飯】 ■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第 1.1.1.a-12 図 原子炉補機冷却水設備系統説明図</p>	<p>第3.1.1.a-12図 原子炉補機冷却水設備系統概要図</p>	<p>第 3.1.1.a-12 図 原子炉補機冷却水設備系統説明図</p>	<p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第 1.1.1.a-13 図 原子炉補機冷却海水設備系統説明図</p>	<p>第3.1.1.a-13図 タービン補機冷却系統概要図</p>	<p>第 3.1.1.a-13 図 原子炉補機冷却海水設備系統説明図</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>大飯発電所3/4号炉</p> <p>第1.1.1.a-14 図 補助建屋換気空調設備系統説明図（燃料取扱室、一般補機室及び安全補機室）</p>	<p>女川原子力発電所2号炉</p> <p>第3.1.1.a-14 図 タービン設備系統概要図</p>	<p>泊発電所3号炉</p> <p>第3.1.1.a-14 図 補助建屋換気空調設備系統説明図（一般補機室及び安全補機室）</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第 3.1.1.1.a-15 図 制御用空気設備系統説明図</p>	<p>第 3.1.1.1.a-15 図 所内車線結線図</p>	<p>第 3.1.1.1.a-15 図 制御用圧縮空気設備系統説明図</p>	<p>【女川】【大飯】 ■設計の相違（着色せず）</p>

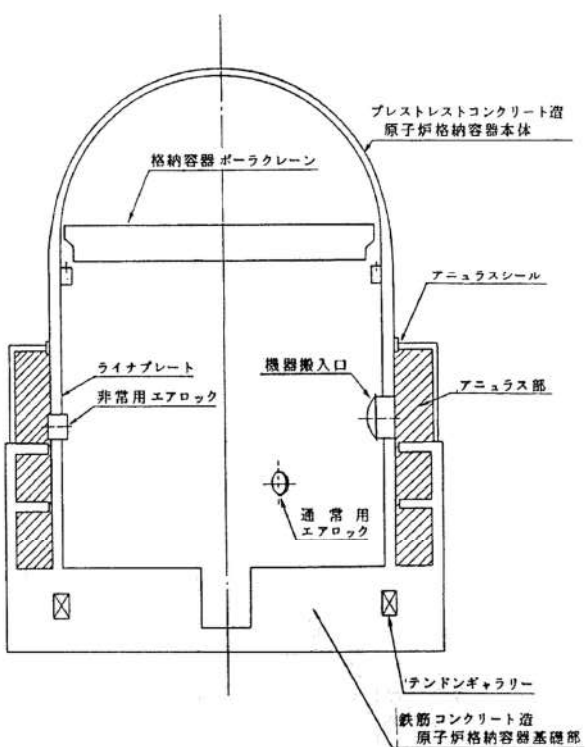
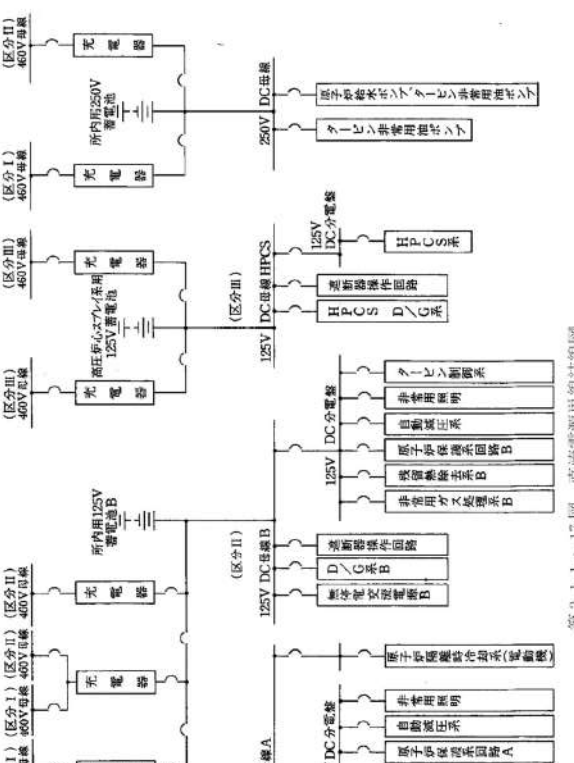
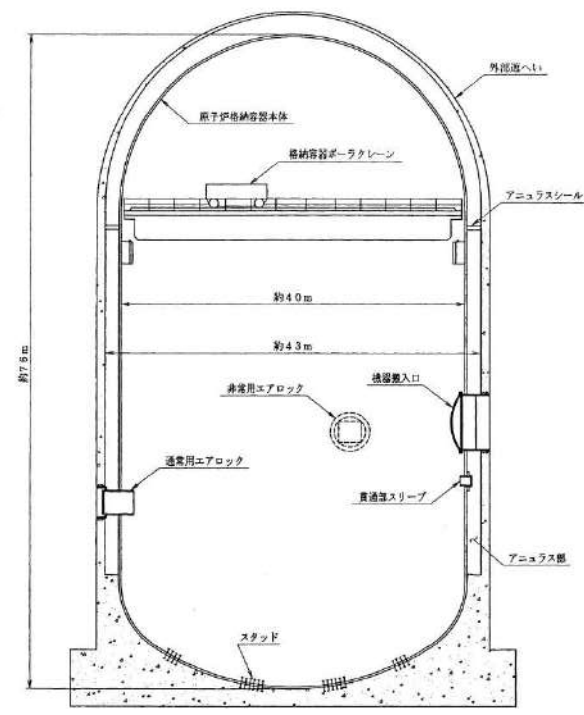
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第1.1.1.a-16図 タービン系統説明図</p>	<p>第3.1.1.a-16図 開閉所単線結線図</p>	<p>第3.1.1.a-16図 1次及び2次冷却設備系統説明図</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>プレストレストコンクリート造 原子炉格納容器本体</p> <p>格納容器ボークレーン</p> <p>アンユラスシール</p> <p>機器搬入口</p> <p>アンユラス部</p> <p>ライナプレート</p> <p>非常用エアロック</p> <p>通常用エアロック</p> <p>チンドンギャラリ</p> <p>鉄筋コンクリート造 原子炉格納容器基礎部</p>	 <p>充電機</p> <p>所内用250V蓄電池</p> <p>250V DC母線</p> <p>格納容器ボークレーン</p> <p>アンユラス部</p> <p>125V DC分電盤</p> <p>125V DC母線 HPCS</p> <p>125V DC分電盤</p> <p>125V DC母線 B</p> <p>125V DC母線 A</p> <p>充電機</p> <p>所内用125V蓄電池</p> <p>格納容器ボークレーン</p> <p>アンユラス部</p> <p>機器搬入口</p> <p>通常用エアロック</p> <p>非常用エアロック</p> <p>アンユラス部</p> <p>チンドンギャラリ</p> <p>鉄筋コンクリート造 原子炉格納容器基礎部</p>	 <p>外部通へい</p> <p>格納容器ボークレーン</p> <p>アンユラスシール</p> <p>約4.0m</p> <p>約4.3m</p> <p>非常用エアロック</p> <p>機器搬入口</p> <p>通常用エアロック</p> <p>貫通部スリーブ</p> <p>アンユラス部</p> <p>スタッド</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】【大阪】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>
<p>第 1.1.1.a-17 図 原子炉格納施設の構造概要図</p>	<p>第 3.1.1.a-17 図 直流電源系統結線図</p>	<p>第 3.1.1.a-17 図 原子炉格納施設構造概要図</p>	

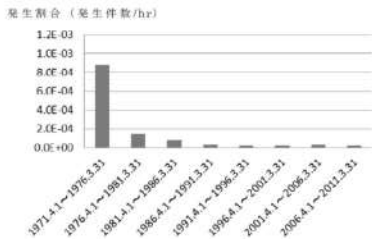
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第 1.1.1.a-18 図 アニオラス空気浄化設備系統説明図</p>	<p>第 3.1.1.a-18 図 原子炉格納施設の構造概要図</p>	<p>第 3.1.1.a-18 図 アニオラス空気浄化設備系統説明図</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】 【大飯】</p> <p>■設計の相違（着色せず）</p>

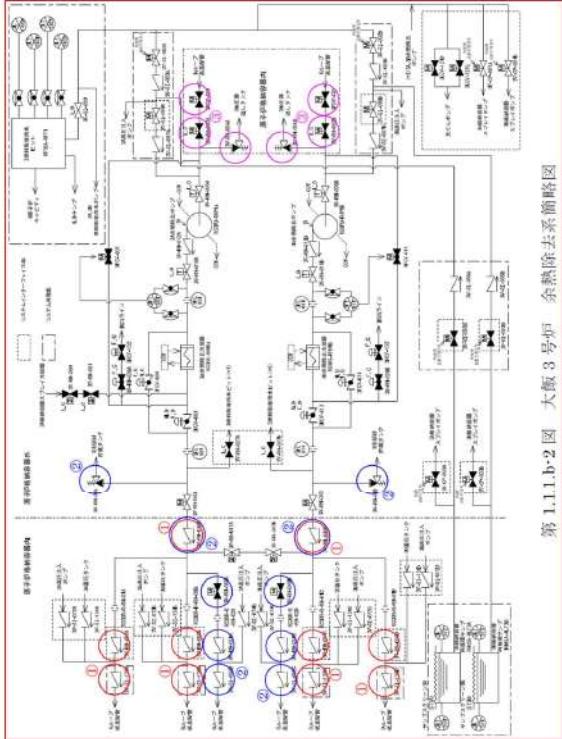

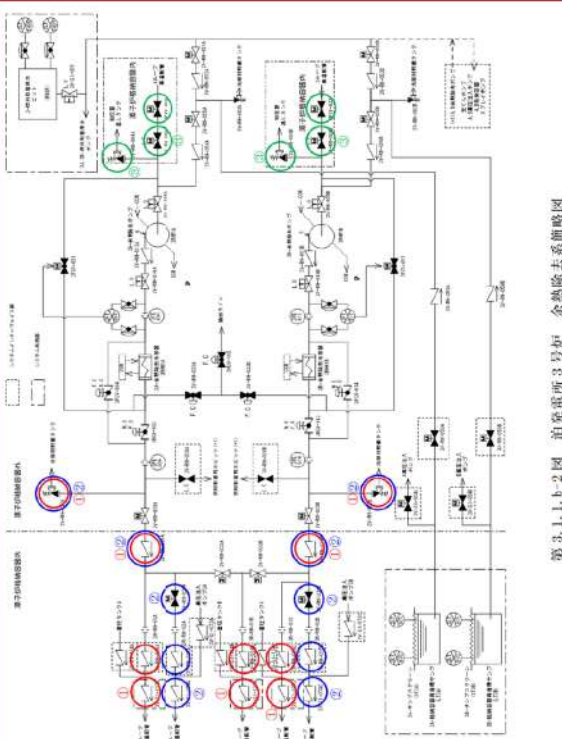
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																								
 <p>発生割合（発生件数/hr）</p> <p>第 3.1.1.b-1 図 国内PWRプラントの運転実績に対するトリップ事象の発生割合</p> <ul style="list-style-type: none"> ○起因事象データの収集期間の設定については、日本原子力学会標準「原子力発電所の確率的な安全評価用のパラメータ推定に関する実施基準：2010」D.3.1項に基づき行っている。 ○学会標準によると、起因事象データの収集期間の設定は一般的にはプラントの全運転年数のデータを考慮すべきであるが、プラントの起因事象の発生数はプラントの設計及び改良によって時間とともに減少することから、データには直近の運転経験を反映させることが望ましく、近年の運転データのみを考慮するのがよいとされる。 ○事象整理の結果から、1976年4月以前における起因事象発生件数はその他の期間から明らかに突出しており、起因事象データの収集期間としての近年の運転状況を反映するには適切ではないと考え除外している。なお、この期間に発生している起因事象としては、下表に示すように常用系の故障による手動停止や過渡事象が大半を占めている。 <table border="1" data-bbox="107 893 654 989"> <thead> <tr> <th></th> <th>主給水 流量喪失</th> <th>外部電源 喪失</th> <th>SGTR</th> <th>過渡事象</th> <th>手動停止</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>1970.11.28 ～1976.3.31</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>8</td> <td>34</td> </tr> </tbody> </table>		主給水 流量喪失	外部電源 喪失	SGTR	過渡事象	手動停止	1970.11.28 ～1976.3.31	2	0	0	8	34		 <p>発生割合（発生件数/hr）</p> <p>第 3.1.1.b-1 図 国内PWRプラントの運転実績に対するトリップ事象の発生割合</p> <ul style="list-style-type: none"> ○起因事象データの収集期間の設定については、日本原子力学会標準「原子力発電所の確率的な安全評価用のパラメータ推定に関する実施基準：2010」D.3.1項に基づき行っている。 ○学会標準によると、起因事象データの収集期間の設定は、一般的にはプラントの全運転年数のデータを考慮すべきであるが、プラントの起因事象の発生数はプラントの設計の改良によって時間とともに減少することから、データには直近の運転経験を反映させることが望ましく、近年の運転データのみを考慮するのがよいとされる。 ○事象整理の結果から、1976年4月以前における起因事象発生件数はその他の期間から明らかに突出しており、起因事象データの収集期間としての近年の運転状況を反映するには適切ではないと考え除外している。なお、この期間に発生している起因事象としては、下表に示すように常用系の故障による手動停止や過渡事象が大半を占めている。 <table border="1" data-bbox="1355 901 1825 981"> <thead> <tr> <th></th> <th>主給水流量 喪失</th> <th>外部電源 喪失</th> <th>蒸汽発生器 伝熱管破損</th> <th>過渡事象</th> <th>手動停止</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>1970.11.28～ 1976.3.31</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>8</td> <td>34</td> </tr> </tbody> </table>		主給水流量 喪失	外部電源 喪失	蒸汽発生器 伝熱管破損	過渡事象	手動停止	1970.11.28～ 1976.3.31	2	0	0	8	34	<p>【女川】</p> <p>■評価方針の相違</p> <p>・起因事象発生頻度の評価に活用するデータの相違であり、女川に記載がないため大飯と比較する</p> <p>【大飯】</p> <p>■記載表現の相違</p>
	主給水 流量喪失	外部電源 喪失	SGTR	過渡事象	手動停止																						
1970.11.28 ～1976.3.31	2	0	0	8	34																						
	主給水流量 喪失	外部電源 喪失	蒸汽発生器 伝熱管破損	過渡事象	手動停止																						
1970.11.28～ 1976.3.31	2	0	0	8	34																						

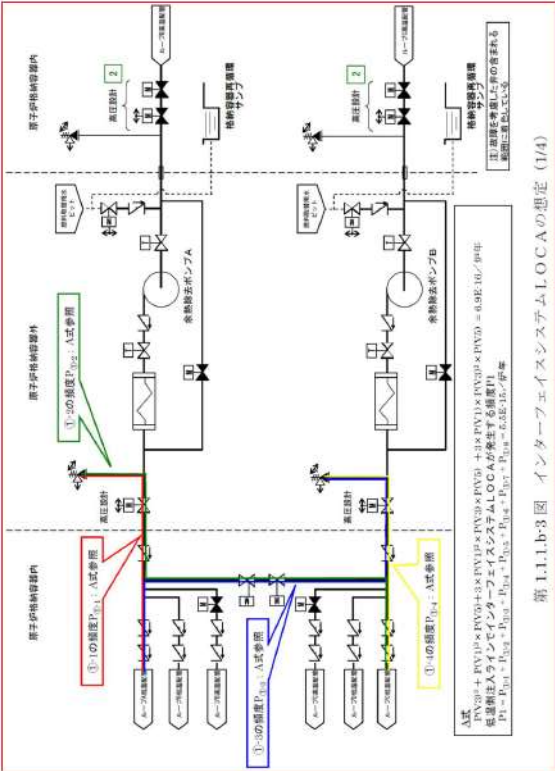
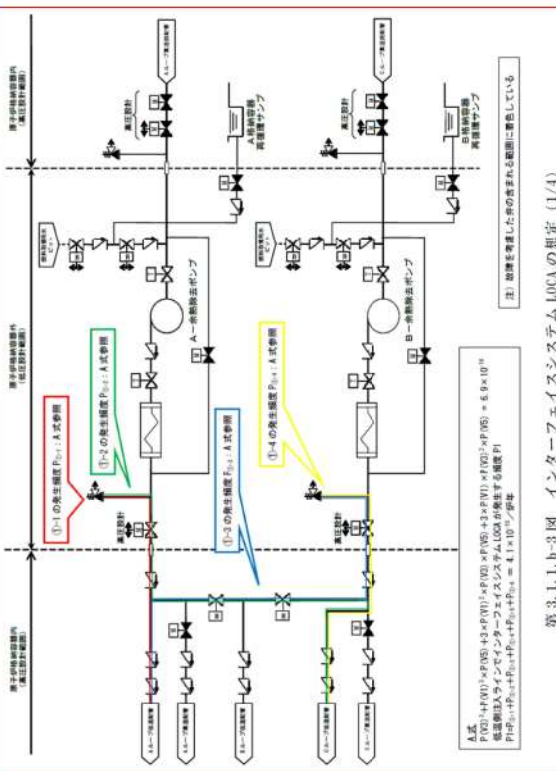
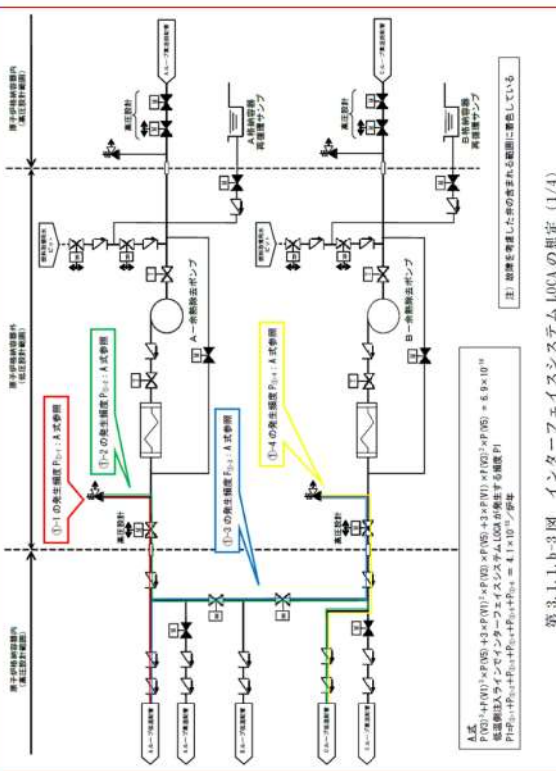
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p style="text-align: center;">第 1.1.1.b-2 図 大飯 3 号炉 余熱除去系簡略図</p>	 <p style="text-align: center;">第 3.1.1.b-2 図 泊発電所 3 号炉 余熱除去系簡略図</p>	 <p style="text-align: center;">第 3.1.1.b-2 図 泊発電所 3 号炉 余熱除去系簡略図</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・記載充実のため、泊はインターフェイスシステム LDCI に至るシナリオを図示している。女川に記載がないため大飯と比較する。 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・設計の相違により設備名称等が異なる（着色せず）（以下相違理由説明を省略） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・ループ数の相違により低温側注入ラインの数が相違している（伊方と同様）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: center;">大飯発電所3/4号炉</p>  <p style="text-align: center;">第 1.1.1.b-3 図 インターフーズシステム LOCA の想定 (1/4)</p> <p style="font-size: small;"> A式 $PV(3)+PV(4)+3 \times PV(1)+3 \times PV(2)+3 \times PV(3)+3 \times PV(4)+3 \times PV(1) \times PV(2) \times PV(3) \times PV(4) = 6.9E-10/年$ 側注線投入時にインターフーズシステム LOCA が発生する確率 P1 $P1 = P(1) \times P(2) \times P(3) \times P(4) = 6.0E-10/年$ B式 $PV(3)+PV(4)+3 \times PV(1)+3 \times PV(2)+3 \times PV(3)+3 \times PV(4)+3 \times PV(1) \times PV(2) \times PV(3) \times PV(4) = 6.9E-10/年$ 側注線投入時にインターフーズシステム LOCA が発生する確率 P1 $P1 = P(1) \times P(2) \times P(3) \times P(4) = 6.0E-10/年$ </p>	<p style="text-align: center;">女川原子力発電所2号炉</p>  <p style="text-align: center;">第 3.1.1.b-3 図 インターフーズシステム LOCA の想定 (1/4)</p> <p style="font-size: small;"> A式 $PV(1)+PV(2)+3 \times PV(3)+3 \times PV(4)+3 \times PV(1) \times PV(2) \times PV(3) \times PV(4) = 6.9 \times 10^{-10}$ 側注線投入時にインターフーズシステム LOCA が発生する確率 P1 $P1 = P(1) \times P(2) \times P(3) \times P(4) = 4.1 \times 10^{-10}/年$ </p>	<p style="text-align: center;">泊発電所3号炉</p>  <p style="text-align: center;">第 3.1.1.b-3 図 インターフーズシステム LOCA の想定 (1/4)</p> <p style="font-size: small;"> A式 $PV(1)+PV(2)+3 \times PV(3)+3 \times PV(4)+3 \times PV(1) \times PV(2) \times PV(3) \times PV(4) = 6.9 \times 10^{-10}$ 側注線投入時にインターフーズシステム LOCA が発生する確率 P1 $P1 = P(1) \times P(2) \times P(3) \times P(4) = 4.1 \times 10^{-10}/年$ </p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・記載充実のため、泊はインターフェイスシステム LOCA に至るシナリオを図示している。女川に記載がないため大飯と比較する。 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・ループ数の差異により低注側注ライン数が相違している（伊方と同様）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3 レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: center;">大飯発電所3/4号炉</p> <p style="text-align: center;">第 1.1.1.1.b-3 図 インターフープシステムLOCAの想定 (2/A)</p> <p style="text-align: center;">A式 $PV(3) \times PV(1) \times PV(2) + 3 \times PV(1) \times PV(2) \times PV(3) = 6.9E-16/年$ 低濃縮注入ラインでインターフープシステムLOCAが発生する確度PI $PI = P_{10} + P_{11} + P_{12} + P_{13} + P_{14} + P_{15} + P_{16} + P_{17} + P_{18} + P_{19} + P_{20} + P_{21} + P_{22} + P_{23} + P_{24} + P_{25} + P_{26} + P_{27} + P_{28} + P_{29} + P_{30} + P_{31} + P_{32} + P_{33} + P_{34} + P_{35} + P_{36} + P_{37} + P_{38} + P_{39} + P_{40} + P_{41} + P_{42} + P_{43} + P_{44} + P_{45} + P_{46} + P_{47} + P_{48} + P_{49} + P_{50} + P_{51} + P_{52} + P_{53} + P_{54} + P_{55} + P_{56} + P_{57} + P_{58} + P_{59} + P_{60} + P_{61} + P_{62} + P_{63} + P_{64} + P_{65} + P_{66} + P_{67} + P_{68} + P_{69} + P_{70} + P_{71} + P_{72} + P_{73} + P_{74} + P_{75} + P_{76} + P_{77} + P_{78} + P_{79} + P_{80} + P_{81} + P_{82} + P_{83} + P_{84} + P_{85} + P_{86} + P_{87} + P_{88} + P_{89} + P_{90} + P_{91} + P_{92} + P_{93} + P_{94} + P_{95} + P_{96} + P_{97} + P_{98} + P_{99} + P_{100}$</p>	<p style="text-align: center;">女川原子力発電所2号炉</p> <p style="text-align: center;">第 3.1.1.1.b-3 図 インターフープシステムLOCAの想定 (2/4)</p> <p style="text-align: center;">A式 $PV(1) \times PV(2) \times PV(3) + 3 \times PV(1) \times PV(2) \times PV(3) = 6.9 \times 10^{-16}$ 低濃縮注入ラインでインターフープシステムLOCAが発生する確度PI $PI = P_{10} + P_{11} + P_{12} + P_{13} + P_{14} + P_{15} + P_{16} + P_{17} + P_{18} + P_{19} + P_{20} + P_{21} + P_{22} + P_{23} + P_{24} + P_{25} + P_{26} + P_{27} + P_{28} + P_{29} + P_{30} + P_{31} + P_{32} + P_{33} + P_{34} + P_{35} + P_{36} + P_{37} + P_{38} + P_{39} + P_{40} + P_{41} + P_{42} + P_{43} + P_{44} + P_{45} + P_{46} + P_{47} + P_{48} + P_{49} + P_{50} + P_{51} + P_{52} + P_{53} + P_{54} + P_{55} + P_{56} + P_{57} + P_{58} + P_{59} + P_{60} + P_{61} + P_{62} + P_{63} + P_{64} + P_{65} + P_{66} + P_{67} + P_{68} + P_{69} + P_{70} + P_{71} + P_{72} + P_{73} + P_{74} + P_{75} + P_{76} + P_{77} + P_{78} + P_{79} + P_{80} + P_{81} + P_{82} + P_{83} + P_{84} + P_{85} + P_{86} + P_{87} + P_{88} + P_{89} + P_{90} + P_{91} + P_{92} + P_{93} + P_{94} + P_{95} + P_{96} + P_{97} + P_{98} + P_{99} + P_{100}$</p>	<p style="text-align: center;">泊発電所3号炉</p> <p style="text-align: center;">第 3.1.1.1.b-3 図 インターフープシステムLOCAの想定 (2/4)</p> <p style="text-align: center;">A式 $PV(1) \times PV(2) \times PV(3) + 3 \times PV(1) \times PV(2) \times PV(3) = 6.9 \times 10^{-16}$ 低濃縮注入ラインでインターフープシステムLOCAが発生する確度PI $PI = P_{10} + P_{11} + P_{12} + P_{13} + P_{14} + P_{15} + P_{16} + P_{17} + P_{18} + P_{19} + P_{20} + P_{21} + P_{22} + P_{23} + P_{24} + P_{25} + P_{26} + P_{27} + P_{28} + P_{29} + P_{30} + P_{31} + P_{32} + P_{33} + P_{34} + P_{35} + P_{36} + P_{37} + P_{38} + P_{39} + P_{40} + P_{41} + P_{42} + P_{43} + P_{44} + P_{45} + P_{46} + P_{47} + P_{48} + P_{49} + P_{50} + P_{51} + P_{52} + P_{53} + P_{54} + P_{55} + P_{56} + P_{57} + P_{58} + P_{59} + P_{60} + P_{61} + P_{62} + P_{63} + P_{64} + P_{65} + P_{66} + P_{67} + P_{68} + P_{69} + P_{70} + P_{71} + P_{72} + P_{73} + P_{74} + P_{75} + P_{76} + P_{77} + P_{78} + P_{79} + P_{80} + P_{81} + P_{82} + P_{83} + P_{84} + P_{85} + P_{86} + P_{87} + P_{88} + P_{89} + P_{90} + P_{91} + P_{92} + P_{93} + P_{94} + P_{95} + P_{96} + P_{97} + P_{98} + P_{99} + P_{100}$</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・記載充実のため、泊はインターフェイスシステムLOCAに至るシナリオを図示している。女川に記載がないため大飯と比較する。 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・ループ数の差異により低濃縮側注入ライン数が相違している（伊方と同様）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第 1.1.1.1.b-3 図 インターフェイスシステムLOCAの想定 (3/4)</p>	<p>第 3.1.1.1.b-3 図 インターフェイスシステムLOCAの想定 (3/4)</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ☆記載充実のため、泊はインターフェイスシステムLOCAに至るシナリオを図示している。女川に記載がないため大飯と比較する。 	

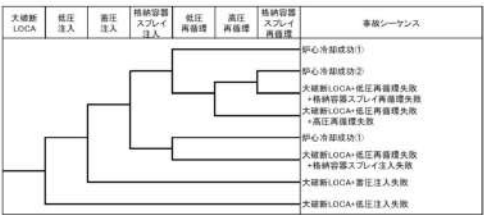
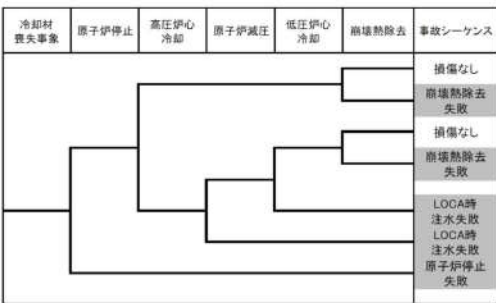

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第3.1.1.1.b-3図 インタープープ緊急システムLOCAの想定 (4/4)</p> <p>③-1の構成 $P_{3-1} = P_{V1} + P_{V2} + P_{V3} + P_{V4} + P_{V5} + P_{V6} + P_{V7} + P_{V8} + P_{V9} + P_{V10}$ $P_{3-1} = 1.0 \times 10^{-11}/年$</p> <p>③-2の構成 $P_{3-2} = P_{V1} + P_{V2} + P_{V3} + P_{V4} + P_{V5} + P_{V6} + P_{V7} + P_{V8} + P_{V9} + P_{V10}$ $P_{3-2} = 1.0 \times 10^{-11}/年$</p> <p>手動操縦ポンプ発動し、かつインターフェイスシステムLOCAが発生する構成P3 $P_3 = P_{3-1} + P_{3-2} = 2.0 \times 10^{-11}/年$</p> <p>注：故障を考慮した弁の含まれる範囲に着色している。</p>		<p>第3.1.1.1.b-3図 インタープープ緊急システムLOCAの想定 (4/4)</p> <p>③-1の発生確度 $P_{3-1} = 1.0 \times 10^{-11}$ 発生</p> <p>③-2の発生確度 $P_{3-2} = 1.0 \times 10^{-11}$ 発生</p> <p>手動操縦ポンプ発動し、かつインターフェイスシステムLOCAが発生する構成P3 $P_3 = P_{3-1} + P_{3-2} = 2.0 \times 10^{-11}/年$</p> <p>注：故障を考慮した弁の含まれる範囲に着色している。</p>	<p>【女川】</p> <p>■記載方針の相違</p> <p>☆記載充実のため、泊はインターフェイスシステムLOCAに至るシナリオを図示している。女川に記載がないため大飯と比較する。</p>

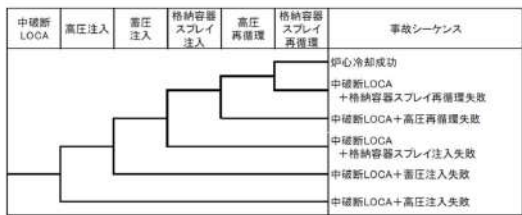
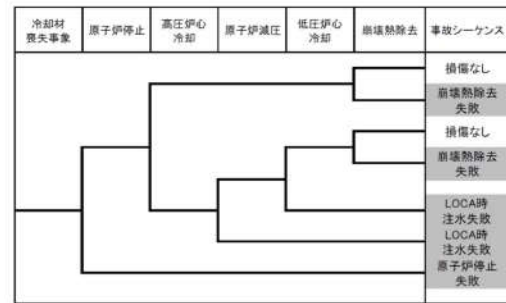
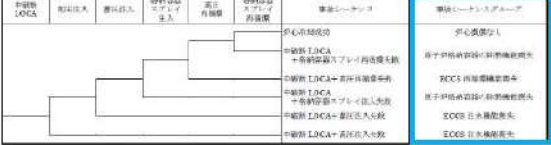
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシスグループ及び重要事故シナシス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																																		
 <p>第 3.1.1.1.d-1(a) 図 大破断LOCA イベントツリー</p> <p>【仮定条件】</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉冷却材圧力バウンダリの破損による1次冷却材の格納容器内の流出事故のうち破断口面積が等価口径8インチから両端破断相当（配管断面積の2倍）までと定義した。 本評価ではAループ低温側配管破断を仮定した。 大破断LOCA時は、炉心部での冷却材密度の低下（ボイド発生）が短時間で生じるため原子炉トリップに期待しておらず、また1次冷却系への注入機能により十分な冷却機能が確保されるので補助給水の機能にも期待していない。 <p>【イベントツリーの説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> 大破断LOCA時は、「蓄圧注入」と「低圧注入」により短期的な炉心冷却が確保される。また、事故後長期的な炉心冷却は短期的注入に引き続き「低圧再循環」により確保される。 高圧注入も作動するが、注入流量は小さいため、炉心冷却の観点から必須ではない。 事故後長期的な炉心冷却として、低圧再循環に失敗した場合においても、高圧再循環及び格納容器スプレイ再循環により炉心冷却が確保される。 <p>【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="107 802 667 954"> <thead> <tr> <th>大破断LOCA</th> <th>低圧注入</th> <th>蓄圧注入</th> <th>格納容器スプレイ注入</th> <th>低圧再循環</th> <th>高圧再循環</th> <th>格納容器スプレイ再循環</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/2</td> <td>—</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>1/2</td> <td>—</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>健全 2/3</td> <td>健全 2/3</td> <td>—</td> <td>健全 2/3</td> <td>健全 3/3</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>(※1)</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> </tr> </tbody> </table> <p>(注) —：不作動又は不要 (※1) 注入時故障を含む</p>	大破断LOCA	低圧注入	蓄圧注入	格納容器スプレイ注入	低圧再循環	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	ポンプ	1/2	—	1/2	1/2	1/2	1/2	熱交換器	—	—	—	1/2	—	1/2	ループ	健全 2/3	健全 2/3	—	健全 2/3	健全 3/3	—	その他	—	—	—	—	(※1)	—	使命時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	 <p>第3.1.1.d-4図 LOCAに対するイベントツリー</p> <p>【仮定条件】</p> <ul style="list-style-type: none"> 小破断LOCAはタービン駆動の原子炉隔離時冷却系で注水可能な範囲の冷却材流出である事象。 大破断LOCAは事象発生により原子炉が減圧状態になる範囲の冷却材流出である事象。 中破断LOCAは小破断LOCAと大破断LOCAの中間範囲の冷却材流出である事象。流出量が大きいため、原子炉隔離時冷却系による注水には期待できない。 <p>【イベントツリーの説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> 起因事象発生後、原子炉停止・炉心冷却・崩壊熱除去に成功することで事象が収束する。 原子炉停止に失敗した場合は、「原子炉停止失敗」により炉心損傷に至る。 高圧炉心冷却及び低圧炉心冷却に失敗した場合は、「LOCA時注水失敗」により炉心損傷に至る。 炉心冷却に成功した後、崩壊熱除去に失敗した場合は「崩壊熱除去失敗」により炉心損傷に至る。 	 <p>第 3.1.1.d-1(a) 図 大破断 LOCA イベントツリー</p> <p>【仮定条件】</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉冷却材圧力バウンダリの破損による1次冷却材の格納容器内の流出事故のうち破断口面積が等価口径8インチから両端破断相当（配管断面積の2倍）までと定義した。 本評価ではAループ低温側配管破断を仮定した。 大破断LOCA時は、炉心部での冷却材密度の低下（ボイド発生）が短時間で生じるため原子炉トリップに期待しておらず、また1次冷却系への注入機能により十分な冷却機能が確保されるので補助給水の機能にも期待していない。 <p>【イベントツリーの説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> 大破断LOCA時は、「蓄圧注入」と「低圧注入」により短期的な炉心冷却が確保される。また、事故後長期的な炉心冷却は短期的注入に引き続き「低圧再循環」により確保される。 高圧注入も作動するが、注入流量は小さいため、炉心冷却の観点から必須ではない。 <p>【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="1328 802 1888 1010"> <thead> <tr> <th>大破断LOCA</th> <th>低圧注入</th> <th>蓄圧注入</th> <th>格納容器スプレイ注入</th> <th>低圧再循環</th> <th>高圧再循環</th> <th>格納容器スプレイ再循環</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/2</td> <td>—</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>1/2</td> <td>—</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>健全 1/2</td> <td>健全 2/2</td> <td>—</td> <td>健全 1/2</td> <td>健全 1/2</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>3/4ノズル</td> <td>—</td> <td>(※1)</td> <td>3/4ノズル</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シナシス①</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>—</td> <td>○</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>成功シナシス②</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>×</td> <td>○</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> <p>(注) ○：必要 ×：失敗を想定 —：不作動又は不要</p> <p>(※1) 注入時故障を含む</p>	大破断LOCA	低圧注入	蓄圧注入	格納容器スプレイ注入	低圧再循環	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	ポンプ	1/2	—	1/2	1/2	1/2	1/2	熱交換器	—	—	—	1/2	—	1/2	ループ	健全 1/2	健全 2/2	—	健全 1/2	健全 1/2	—	その他	—	—	3/4ノズル	—	(※1)	3/4ノズル	使命時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	成功シナシス①	○	○	—	○	—	—	成功シナシス②	○	○	○	×	○	○	<p>相違理由</p> <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> 泊との比較のため女川のイベントツリー図の順番を入れ替えている <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> 個別評価による相違 PWRとBWRの設計の相違により起因事象やイベントツリーが異なるため、女川の第3.1.1.d-1～5図は大飯と比較する（青色せず） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 記載方針の相違 女川実績の反映 泊はイベントツリーにより得られた事故シナシスグループへの分類結果も明示している（以下、相違理由説明を省略） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 設計の相違 ループ数の相違により成功基準が異なる（伊方と同様） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 記載方針の相違（伊方、玄海と同様） 泊は格納容器スプレイ注入及び再循環においてスプレイノズルの成功基準を「その他」の欄に記載している 泊は【成功基準】にて「成功シナシス」を記載し説明の充実化を図っている 注釈の相違（以下、相違理由説明を省略）
大破断LOCA	低圧注入	蓄圧注入	格納容器スプレイ注入	低圧再循環	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環																																																																																															
ポンプ	1/2	—	1/2	1/2	1/2	1/2																																																																																															
熱交換器	—	—	—	1/2	—	1/2																																																																																															
ループ	健全 2/3	健全 2/3	—	健全 2/3	健全 3/3	—																																																																																															
その他	—	—	—	—	(※1)	—																																																																																															
使命時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr																																																																																															
大破断LOCA	低圧注入	蓄圧注入	格納容器スプレイ注入	低圧再循環	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環																																																																																															
ポンプ	1/2	—	1/2	1/2	1/2	1/2																																																																																															
熱交換器	—	—	—	1/2	—	1/2																																																																																															
ループ	健全 1/2	健全 2/2	—	健全 1/2	健全 1/2	—																																																																																															
その他	—	—	3/4ノズル	—	(※1)	3/4ノズル																																																																																															
使命時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr																																																																																															
成功シナシス①	○	○	—	○	—	—																																																																																															
成功シナシス②	○	○	○	×	○	○																																																																																															

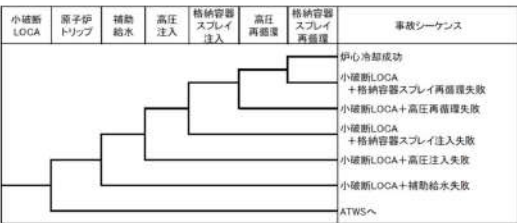
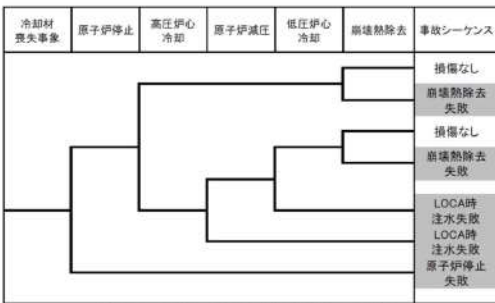

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																														
 <p>第 3.1.1.d-1 (b) 図 中破断 LOCA イベントツリー</p> <p>【仮定条件】</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉冷却材圧力バウンダリの破損による1次冷却材の原子炉格納容器内の流出事故のうち破断面面積が等価口径2インチから8インチと定義した。 本評価ではAループ低温側配管破断を仮定した。 中破断LOCA時は、炉心部での冷却材密度の低下(ボイド発生)が短時間で生じるため原子炉トリップに期待しておらず、また1次冷却系への注入機能により十分な冷却機能が確保されるので補助給水の機能にも期待していない。 <p>【イベントツリーの説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> 中破断LOCA時は、「高圧注入」と「蓄圧注入」により短期的な炉心冷却が確保される。また、事故後長期的な炉心冷却は「高圧再循環」により確保される。 中破断LOCA時は破断流量が小さく、余熱除去冷却器のみでは格納容器内圧上昇は抑制できないため、「格納容器スプレイ/再循環」が必要となる。 <p>【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="107 750 627 925"> <thead> <tr> <th>中破断LOCA</th> <th>高圧注入</th> <th>蓄圧注入</th> <th>格納容器スプレイ注入</th> <th>高圧再循環</th> <th>格納容器スプレイ再循環</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/2</td> <td>—</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>健全 3/3</td> <td>健全 2/3</td> <td>—</td> <td>健全 3/3</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使用時間</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> </tr> </tbody> </table> <p>(注) —：不動作又は不要</p>	中破断LOCA	高圧注入	蓄圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	ポンプ	1/2	—	1/2	1/2	1/2	熱交換器	—	—	—	—	1/2	ループ	健全 3/3	健全 2/3	—	健全 3/3	—	その他	—	—	—	—	—	使用時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	 <p>第3.1.1.d-4図 LOCAに対するイベントツリー</p> <p>【仮定条件】</p> <ul style="list-style-type: none"> 小破断LOCAはタービン駆動の原子炉隔離時冷却系で注水可能な範囲の冷却材流出である事象。 大破断LOCAは事象発生により原子炉が減圧状態になる範囲の冷却材流出である事象。 中破断LOCAは小破断LOCAと大破断LOCAの中間範囲の冷却材流出である事象。流出量が大きいため、原子炉隔離時冷却系による注水には期待できない。 <p>【イベントツリーの説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> 起因事象発生後、原子炉停止・炉心冷却・崩壊熱除去に成功することで事象が収束する。 原子炉停止に失敗した場合は、「原子炉停止失敗」により炉心損傷に至る。 高圧炉心冷却及び低圧炉心冷却に失敗した場合は、「LOCA時注水失敗」により炉心損傷に至る。 炉心冷却に成功した後、崩壊熱除去に失敗した場合は「崩壊熱除去失敗」により炉心損傷に至る。 	 <p>第 3.1.1.d-1 (b) 図 中破断 LOCA イベントツリー</p> <p>【仮定条件】</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉冷却材圧力バウンダリの破損による1次冷却材の格納容器内の流出事故のうち破断面面積が等価口径2インチから5インチと定義した。 本評価ではAループ低温側配管破断を仮定した。 中破断LOCA時は、炉心部での冷却材密度の低下(ボイド発生)が短時間で生じるため原子炉トリップに期待しておらず、また1次冷却系への注入機能により十分な冷却機能が確保されるので補助給水の機能にも期待していない。 <p>【イベントツリーの説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> 中破断LOCA時は、「高圧注入」と「蓄圧注入」により短期的な炉心冷却が確保される。また、事故後長期的な炉心冷却は「高圧再循環」により確保される。 中破断LOCA時は1次冷却系の圧力が高く、冷却器のない高圧再循環のみでは格納容器内圧上昇は抑制できないため、「格納容器スプレイ注入/再循環」が必要となる。 <p>【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="1332 790 1881 949"> <thead> <tr> <th>中破断LOCA</th> <th>高圧注入</th> <th>蓄圧注入</th> <th>格納容器スプレイ注入</th> <th>高圧再循環</th> <th>格納容器スプレイ再循環</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/2</td> <td>—</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>健全 1/2</td> <td>健全 1/2</td> <td>—</td> <td>健全 1/2</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>3/4 ノズル</td> <td>—</td> <td>3/4 ノズル</td> </tr> <tr> <td>使用時間</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シナシ</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> <p>(注) ○：必要 ×：失敗を想定 —：不動作又は不要</p>	中破断LOCA	高圧注入	蓄圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	ポンプ	1/2	—	1/2	1/2	1/2	熱交換器	—	—	—	—	1/2	ループ	健全 1/2	健全 1/2	—	健全 1/2	—	その他	—	—	3/4 ノズル	—	3/4 ノズル	使用時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	成功シナシ	○	○	○	○	○	<p>相違理由</p> <p>【大飯】 ■記載表現の相違 ・泊は中破断LOCA時に余熱除去冷却器による炉心冷却に期待していないことを踏まえた記載としている(玄海と同様)</p> <p>【大飯】 ■設計の相違 ・ループ数の相違により成功基準が異なる(伊方と同様)</p> <p>【大飯】 ■記載方針の相違(伊方、玄海と同様) ・泊は格納容器スプレイ注入及び再循環においてスプレイノズルの成功基準を「その他」の欄に記載している ・泊は【成功基準】にて「成功シナシ」を記載し説明の充実化を図っている</p>
中破断LOCA	高圧注入	蓄圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環																																																																												
ポンプ	1/2	—	1/2	1/2	1/2																																																																												
熱交換器	—	—	—	—	1/2																																																																												
ループ	健全 3/3	健全 2/3	—	健全 3/3	—																																																																												
その他	—	—	—	—	—																																																																												
使用時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr																																																																												
中破断LOCA	高圧注入	蓄圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環																																																																												
ポンプ	1/2	—	1/2	1/2	1/2																																																																												
熱交換器	—	—	—	—	1/2																																																																												
ループ	健全 1/2	健全 1/2	—	健全 1/2	—																																																																												
その他	—	—	3/4 ノズル	—	3/4 ノズル																																																																												
使用時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr																																																																												
成功シナシ	○	○	○	○	○																																																																												

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																								
 <p>第 3.1.1.1.d-1 (e) 図 小破断 LOCA イベントツリー</p> <p>【仮定条件】 小破断 LOCA は、以下の原因による 1 次冷却材の原子炉格納容器への流出事故として定義した。 ・ 1 次冷却材配管の破断 （破断口径が 3/8 インチから 2 インチの破断で A ループ低温側配管破断を仮定） ・ 1 次冷却系加压事象による加圧器逃がし弁からの 1 次冷却材の流出（PORV LOCA）</p> <p>【イベントツリーの説明】 ・ 小破断 LOCA 時は、炉心でのボイド形成による負の反応度添加が期待できないため、「原子炉トリップ」により原子炉出力の抑制が必要。 ・ 破断流が小さいため、蓄圧注入は不要であるが破断流のみでは 1 次冷却系への発熱を系外に除去できないため、「高圧注入」と 2 次冷却系からの「補助給水」により炉心冷却が確保される。また、事故後長期的な炉心冷却は「高圧再循環」により確保される。 ・ 小破断 LOCA 時は破断流量が小さく、余熱除去冷却器のみでは格納容器内圧上昇は抑制できないため、「格納容器スプレイ／再循環」が必要となる。</p> <p>【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="123 853 638 1013"> <thead> <tr> <th>小破断 LOCA</th> <th>補助給水</th> <th>高圧注入</th> <th>格納容器スプレイ注入</th> <th>高圧再循環</th> <th>格納容器スプレイ再循環</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>S G 3/4</td> <td>健全 3/3</td> <td>—</td> <td>健全 3/3</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> </tr> </tbody> </table> <p>（注）—：不動作又は不要</p>	小破断 LOCA	補助給水	高圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	ポンプ	1/3	1/2	1/2	1/2	1/2	熱交換器	—	—	—	—	1/2	ループ	S G 3/4	健全 3/3	—	健全 3/3	—	その他	—	—	—	—	—	使命時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	 <p>第3.1.1.d-4図 LOCAに対するイベントツリー</p> <p>【仮定条件】 ・ 小破断LOCAはタービン駆動の原子炉隔離時冷却系で注水可能な範囲の冷却材流出である事象。 ・ 大破断LOCAは事象発生により原子炉が減圧状態になる範囲の冷却材流出である事象。 ・ 中破断LOCAは小破断LOCAと大破断LOCAの中間範囲の冷却材流出である事象。流出量が大きいため、原子炉隔離時冷却系による注水には期待できない。</p> <p>【イベントツリーの説明】 ・ 起回事象発生後、原子炉停止・炉心冷却・崩壊熱除去に成功することで事象が収束する。 ・ 原子炉停止に失敗した場合は、「原子炉停止失敗」により炉心損傷に至る。 ・ 高圧炉心冷却及び炉心炉心冷却に失敗した場合は、「LOCA時注水失敗」により炉心損傷に至る。 ・ 炉心冷却に成功した後、崩壊熱除去に失敗した場合は「崩壊熱除去失敗」により炉心損傷に至る。</p>	 <p>第 3.1.1.d-1 (e) 図 小破断 LOCA イベントツリー</p> <p>【仮定条件】 小破断 LOCA は、以下の原因による 1 次冷却材の原子炉格納容器への流出事故として定義した。 ・ 1 次冷却材配管の破断 （破断口径が 3/8 インチから 2 インチの破断で A ループ低温側配管破断を仮定） ・ 1 次冷却系加压事象による加圧器逃がし弁からの 1 次冷却材の流出（PORV LOCA）</p> <p>【イベントツリーの説明】 ・ 小破断 LOCA 時は、炉心でのボイド形成による負の反応度添加が期待できないため、「原子炉トリップ」により原子炉出力の抑制が必要。 ・ 破断流が小さいため、蓄圧注入は不要であるが破断流のみでは 1 次冷却系への発熱を系外に除去できないため、「高圧注入」と 2 次冷却系からの「補助給水」により炉心冷却が確保される。また、事故後長期的な炉心冷却は「高圧再循環」と「格納容器スプレイ再循環」により確保される。</p> <p>【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="1310 821 1892 981"> <thead> <tr> <th>小破断 LOCA</th> <th>補助給水</th> <th>高圧注入</th> <th>格納容器スプレイ注入</th> <th>高圧再循環</th> <th>格納容器スプレイ再循環</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>1/2</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>3/4 ノズル</td> <td>—</td> <td>3/4 ノズル</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シナリオ</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> <p>（注）○：必要 ×：失敗を想定 —：不動作又は不要</p>	小破断 LOCA	補助給水	高圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	ポンプ	1/3	1/2	1/2	1/2	1/2	熱交換器	—	—	—	—	1/2	その他	—	—	3/4 ノズル	—	3/4 ノズル	使命時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr	成功シナリオ	○	○	○	○	○	<p>相違理由</p> <p>【大飯】 ■設計の相違 ・ループ数の相違により成功基準が異なる（伊方と同様）</p> <p>【大飯】 ■記載方針の相違（伊方、玄海と同様） ・泊は格納容器スプレイ注入及び再循環においてスプレイノズルの成功基準を「その他」の欄に記載している ・泊は【成功基準】にて「成功シナリオ」を記載し説明の充実化を図っている</p>
小破断 LOCA	補助給水	高圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環																																																																						
ポンプ	1/3	1/2	1/2	1/2	1/2																																																																						
熱交換器	—	—	—	—	1/2																																																																						
ループ	S G 3/4	健全 3/3	—	健全 3/3	—																																																																						
その他	—	—	—	—	—																																																																						
使命時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr																																																																						
小破断 LOCA	補助給水	高圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環																																																																						
ポンプ	1/3	1/2	1/2	1/2	1/2																																																																						
熱交換器	—	—	—	—	1/2																																																																						
その他	—	—	3/4 ノズル	—	3/4 ノズル																																																																						
使命時間	24hr	24hr	24hr	24hr	24hr																																																																						
成功シナリオ	○	○	○	○	○																																																																						

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシケンスグループ及び重要事故シナシケンス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<div data-bbox="176 193 589 301" data-label="Diagram"> </div> <p data-bbox="103 309 665 327">第 1.1.1.d-1 (d) 図 インターフェイスシステム LOCA イベントツリー</p> <p data-bbox="103 367 427 406">【仮定条件】 ・ 余熱除去系の破断であり、低圧注入系が不能</p> <p data-bbox="103 435 665 499">【イベントツリーの説明】 ・ インターフェイスシステム LOCA は破断規模に応じて大、中、小破断 LOCA 相当となるが、ECCS 再循環が不能となるため炉心損傷に至る。</p> <p data-bbox="103 531 185 571">【成功基準】 ・ なし</p>	<div data-bbox="734 201 1229 296" data-label="Diagram"> </div> <p data-bbox="730 300 1225 317">第3.1.1.d-5図 インターフェイスシステムLOCAに対するイベントツリー</p> <p data-bbox="707 344 1261 408">【仮定条件】 ・ ISLOCAは格納容器外の非常用炉心冷却系等の低圧設計部の配管破断による冷却材流出事象。</p> <p data-bbox="707 437 1261 501">【イベントツリーの説明】 ・ 破断口の隔離に失敗した場合、冷却材の流出が続くため「格納容器バイパス（インターフェイスシステムLOCA）」により炉心損傷に至る。</p>	<div data-bbox="1335 209 1874 268" data-label="Diagram"> </div> <p data-bbox="1373 276 1836 293">第 3.1.1.d-1 (d) 図 インターフェイスシステム LOCA イベントツリー</p> <p data-bbox="1323 323 1653 363">【仮定条件】 ・ 余熱除去系の破断であり、低圧注入系が不能。</p> <p data-bbox="1323 395 1888 459">【イベントツリーの説明】 ・ インターフェイスシステム LOCA は破断規模に応じて大、中、小破断 LOCA 相当となるが、ECCS 再循環が不能となるため炉心損傷に至る。</p> <p data-bbox="1323 491 1406 531">【成功基準】 ・ なし。</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシスグループ及び重要事故シナシス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																										
<div data-bbox="183 194 571 306" data-label="Diagram"> </div> <p data-bbox="174 311 571 331">第 1.1.1.d-1 (e) 図 主給水流量喪失イベントツリー</p> <p data-bbox="100 367 660 430">【仮定条件】 ・ 主給水流量喪失に至る原因としては、主給水ポンプ若しくは復水ポンプの故障又は電源喪失若しくは主給水制御系の誤動作が考えられる。</p> <p data-bbox="100 454 660 518">【イベントツリーの説明】 ・ 主給水流量喪失の場合、原子炉トリップにより原子炉出力を抑制するとともに、補助給水により安定した炉心冷却が確保される。</p> <p data-bbox="100 550 526 710">【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="235 566 515 702"> <thead> <tr> <th>主給水流量喪失</th> <th>補助給水</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>SG 2/4</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> </tr> </tbody> </table> <p data-bbox="235 710 392 726">(注) —：不動作又は不要</p>	主給水流量喪失	補助給水	ポンプ	1/3	熱交換器	—	ループ	SG 2/4	その他	—	使命時間	24hr		<div data-bbox="1339 199 1863 279" data-label="Diagram"> </div> <p data-bbox="1422 287 1780 311">第 3.1.1.d-1(e) 図 主給水流量喪失イベントツリー</p> <p data-bbox="1321 335 1892 406">【仮定条件】 ・ 主給水流量喪失に至る原因としては、主給水ポンプ若しくは復水ポンプの故障又は電源喪失若しくは主給水制御系の誤動作が考えられる。</p> <p data-bbox="1321 430 1892 502">【イベントツリーの説明】 ・ 主給水流量喪失の場合、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却が確保される。</p> <p data-bbox="1321 526 1713 805">【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="1489 550 1713 710"> <thead> <tr> <th>主給水流量喪失</th> <th>補助給水</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>SG 2/3</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シナシス</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> <p data-bbox="1489 734 1668 805">(注) ○：必要 ×：失敗を想定 —：不動作又は不要</p>	主給水流量喪失	補助給水	ポンプ	1/3	熱交換器	—	ループ	SG 2/3	その他	—	使命時間	24hr	成功シナシス	○	<p data-bbox="1915 614 2139 742">【大飯】 ■設計の相違 ・ループ数の相違により成功基準が異なる（伊方と同様）</p> <p data-bbox="1915 758 2139 949">【大飯】 ■記載方針の相違（伊方、玄海と同様） ・泊は【成功基準】にて「成功シナシス」を記載し説明の充実化を図っている</p>
主給水流量喪失	補助給水																												
ポンプ	1/3																												
熱交換器	—																												
ループ	SG 2/4																												
その他	—																												
使命時間	24hr																												
主給水流量喪失	補助給水																												
ポンプ	1/3																												
熱交換器	—																												
ループ	SG 2/3																												
その他	—																												
使命時間	24hr																												
成功シナシス	○																												

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																										
<div data-bbox="118 183 649 375"> </div> <div data-bbox="190 379 577 402"> <p>第 1.1.1.d-1 (f) 図 外部電源喪失イベントツリー</p> </div> <div data-bbox="107 435 190 454"> <p>【仮定条件】</p> </div> <div data-bbox="107 459 667 545"> <ul style="list-style-type: none"> 送電系統の故障や所内電気設備の故障等により所内常用電源の一部又は全部が喪失し、運転状態が乱されるような事象を考慮。 所内用交流電源が喪失すると、1次冷却材ポンプ、復水ポンプ等がトリップし、1次冷却材流量や主給水流量の喪失が発生する。 </div> <div data-bbox="107 571 280 590"> <p>【イベントツリーの説明】</p> </div> <div data-bbox="107 595 667 726"> <ul style="list-style-type: none"> 外部電源喪失時には、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により炉心冷却を確保する。さらに「非常用所内交流電源」が確保できれば安定した炉心冷却が確保される。 「非常用所内交流電源」が確保できれば、サポート系が健全であるためその後に加圧器逃がし弁LOCA等が発生しても、事象進展は小破断LOCAと同等である。 </div> <div data-bbox="107 751 190 770"> <p>【成功基準】</p> </div> <div data-bbox="212 770 560 949"> <table border="1"> <thead> <tr> <th>外部電源喪失</th> <th>非常用所内交流電源</th> <th>補助給水</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>—</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>—</td> <td>S.G.2/4</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>D.G.1/2</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シーケンス</td> <td>○</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> <p>(注) —：不作為又は不要</p> </div>	外部電源喪失	非常用所内交流電源	補助給水	ポンプ	—	1/3	熱交換器	—	—	ループ	—	S.G.2/4	その他	D.G.1/2	—	使命時間	24hr	24hr	成功シーケンス	○	○	<div data-bbox="728 199 1265 662"> </div> <div data-bbox="817 667 1176 686"> <p>第3.1.1.d-2図 外部電源喪失に対するイベントツリー</p> </div> <div data-bbox="728 710 810 729"> <p>【仮定条件】</p> </div> <div data-bbox="728 734 1265 861"> <ul style="list-style-type: none"> 外部電源喪失の発生により所内電源が喪失するため、注水系及び前燃熱除去系の起動のために非常用電源の確保が必要となる。 交流電源確保(非常用ディーゼル発電機起動)の際には直流電源が必要となる。 直流電源確保に成功した場合には、外部電源復旧に期待する。 本イベントツリーのヘディングにおける直流電源及び交流電源は、区分I及び区分IIを表す。 </div> <div data-bbox="728 885 884 904"> <p>【イベントツリーの説明】</p> </div> <div data-bbox="728 909 1265 1252"> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉停止に失敗した場合は、「原子炉停止失敗」により炉心損傷に至る。 原子炉停止に成功。直流電源及び交流電源の確保に成功した後は「過渡事象」と同様の事象展開となる。 原子炉停止に成功。直流電源確保に成功。交流電源確保に失敗。圧力バウンダリ健全性の確保に成功。高圧炉心スプレイ系に失敗。原子炉隔離時冷却系に成功。外部電源復旧に失敗した場合は「全交流動力電源喪失(TB)」となり炉心損傷に至る。 原子炉停止に成功。直流電源確保に成功。交流電源確保に失敗。圧力バウンダリ健全性の確保に成功。高圧炉心スプレイ系に失敗。原子炉隔離時冷却系に失敗した場合は「全交流動力電源喪失(TB1)」となり、炉心損傷に至る。 原子炉停止に成功。直流電源確保に成功。交流電源確保に失敗。圧力バウンダリ健全性の確保に失敗。高圧炉心スプレイ系に失敗した場合は「全交流動力電源喪失(TB2)」となり、炉心損傷に至る。 原子炉停止に成功。直流電源確保に失敗。高圧炉心スプレイ系に失敗した場合は「全交流動力電源喪失(TB3)」により炉心損傷に至る。 炉心冷却に成功した後、前燃熱除去に失敗した場合は「前燃熱除去失敗」により炉心損傷に至る。 </div>	<div data-bbox="1332 215 1870 327"> </div> <div data-bbox="1444 331 1780 351"> <p>第 3.1.1.d-1 (f) 図 外部電源喪失イベントツリー</p> </div> <div data-bbox="1332 375 1415 394"> <p>【仮定条件】</p> </div> <div data-bbox="1332 399 1892 486"> <ul style="list-style-type: none"> 送電系統の故障や所内電気設備の故障等により所内常用電源の一部又は全部が喪失し、運転状態が乱されるような事象を考慮。 所内用交流電源が喪失すると、1次冷却材ポンプ、復水ポンプ等がトリップし、1次冷却材流量や主給水流量の喪失が発生する。 </div> <div data-bbox="1332 510 1505 529"> <p>【イベントツリーの説明】</p> </div> <div data-bbox="1332 534 1892 646"> <ul style="list-style-type: none"> 外部電源喪失時には、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により炉心冷却を確保する。さらに「非常用所内交流電源」が確保できれば安定した炉心冷却が確保される。 「非常用所内交流電源」が確保できれば、サポート系が健全であるためその後に加圧器逃がし弁LOCA等が発生しても、事故進展は小破断LOCAと同等である。 </div> <div data-bbox="1332 678 1415 697"> <p>【成功基準】</p> </div> <div data-bbox="1433 702 1780 869"> <table border="1"> <thead> <tr> <th>外部電源喪失</th> <th>非常用所内交流電源</th> <th>補助給水</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>—</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>—</td> <td>S.G.2/3</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>D.G.1/2</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シーケンス</td> <td>○</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> </div> <div data-bbox="1433 874 1624 941"> <p>(注) ○：必要 ×：失敗を想定 —：不作為又は不要</p> </div>	外部電源喪失	非常用所内交流電源	補助給水	ポンプ	—	1/3	熱交換器	—	—	ループ	—	S.G.2/3	その他	D.G.1/2	—	使命時間	24hr	24hr	成功シーケンス	○	○	<div data-bbox="1915 790 2139 917"> <p>【大飯】 ■設計の相違 ・ループ数の相違により成功基準が異なる(伊方と同様)</p> </div>
外部電源喪失	非常用所内交流電源	補助給水																																											
ポンプ	—	1/3																																											
熱交換器	—	—																																											
ループ	—	S.G.2/4																																											
その他	D.G.1/2	—																																											
使命時間	24hr	24hr																																											
成功シーケンス	○	○																																											
外部電源喪失	非常用所内交流電源	補助給水																																											
ポンプ	—	1/3																																											
熱交換器	—	—																																											
ループ	—	S.G.2/3																																											
その他	D.G.1/2	—																																											
使命時間	24hr	24hr																																											
成功シーケンス	○	○																																											

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由										
<table border="1" data-bbox="230 188 539 260"> <tr> <td>ATWS</td> <td>事故シーケンス</td> </tr> <tr> <td></td> <td>起回事象+原子炉トリップ失敗</td> </tr> </table> <p data-bbox="208 272 562 292">第 1.1.1.d-1 (g) 図 ATWS イベントツリー</p> <p data-bbox="103 331 188 347">【仮定条件】</p> <ul data-bbox="103 352 672 392" style="list-style-type: none"> ATWSは起回事象が発生した場合の緩和手段には期待しないため、起回事象の発生によって炉心損傷に直結するものと仮定する。 <p data-bbox="103 421 277 437">【イベントツリーの説明】</p> <ul data-bbox="103 442 672 507" style="list-style-type: none"> ATWS 事象は原子炉トリップが必要な起回事象が発生した場合に原子炉トリップに失敗することを起回事象として想定するものであり、以降はアクシデントマネジメント相当の緩和策に期待する事故シーケンスである。 <p data-bbox="103 536 188 552">【成功基準】</p> <ul data-bbox="103 557 152 572" style="list-style-type: none"> なし 	ATWS	事故シーケンス		起回事象+原子炉トリップ失敗		<table border="1" data-bbox="1352 201 1870 260"> <tr> <td>ATWS</td> <td>事故シーケンス</td> <td>事故シーケンスグループ</td> </tr> <tr> <td></td> <td>起回事象+原子炉トリップ失敗</td> <td>原子炉トリップ失敗</td> </tr> </table> <p data-bbox="1469 264 1749 280">第 3.1.1.d-1 (g) 図 ATWS イベントツリー</p> <p data-bbox="1335 312 1420 328">【仮定条件】</p> <ul data-bbox="1335 336 1890 376" style="list-style-type: none"> ATWSは起回事象が発生した場合の緩和手段には期待しないため、起回事象の発生によって炉心損傷に直結するものと仮定する。 <p data-bbox="1335 405 1509 421">【イベントツリーの説明】</p> <ul data-bbox="1335 429 1890 494" style="list-style-type: none"> ATWS 事象は原子炉トリップが必要な起回事象が発生した場合に原子炉トリップに失敗することを起回事象として想定するものであり、以降はアクシデントマネジメント相当の緩和策に期待する事故シーケンスである。 <p data-bbox="1335 523 1420 539">【成功基準】</p> <ul data-bbox="1335 547 1397 563" style="list-style-type: none"> なし。 	ATWS	事故シーケンス	事故シーケンスグループ		起回事象+原子炉トリップ失敗	原子炉トリップ失敗	
ATWS	事故シーケンス												
	起回事象+原子炉トリップ失敗												
ATWS	事故シーケンス	事故シーケンスグループ											
	起回事象+原子炉トリップ失敗	原子炉トリップ失敗											

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																														
<div data-bbox="152 207 627 359"> <table border="1"> <thead> <tr> <th>2次冷却系の破断</th> <th>原子炉トリップ</th> <th>主蒸気隔離</th> <th>補助給水</th> <th>事故シナリオ</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>炉心冷却成功</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>×</td> <td>2次冷却系の破断+補助給水失敗</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>×</td> <td>○</td> <td>2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>ATWSへ</td> </tr> </tbody> </table> </div> <p data-bbox="179 367 604 391">第 1.1.1.1.d-1 (h) 図 2 次冷却系の破断イベントツリー</p> <p data-bbox="112 414 672 526">【仮定条件】 2 次冷却系の破断としては以下の破断を含むものとし、原子炉格納容器内部での破断を仮定する。 ・ 主蒸気管破断（完全両端破断） ・ 主給水管破断（完全両端破断）</p> <p data-bbox="112 550 672 638">【イベントツリーの説明】 ・ 2 次冷却系破断においても、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却が確保されるが、補助給水による 2 次冷却系の冷却を確保するために、破断した主蒸気管の隔離を行う。</p> <p data-bbox="112 662 672 893">【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="224 678 560 813"> <thead> <tr> <th>2 次冷却系の破断</th> <th>主蒸気隔離</th> <th>補助給水</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>—</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>—</td> <td>健全 SG 2/3</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>(※1)</td> <td>(※2)</td> </tr> <tr> <td>使用時間</td> <td>—</td> <td>24hr</td> </tr> </tbody> </table> <p data-bbox="224 813 672 893">(注) —：不動作又は不要 (※1) 破断ループ主蒸気逆止弁閉止 or 健全ループ主蒸気隔離弁全閉止、タービン動補助給水ポンプ駆動主蒸気元弁閉止 or タービン動補助給水ポンプ駆動蒸気逆止弁閉止 (※2) 破断ループへの補助給水隔離</p>	2次冷却系の破断	原子炉トリップ	主蒸気隔離	補助給水	事故シナリオ	○	○	○	○	炉心冷却成功	○	○	○	×	2次冷却系の破断+補助給水失敗	○	○	×	○	2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗	○	○	○	○	ATWSへ	2 次冷却系の破断	主蒸気隔離	補助給水	ポンプ	—	1/3	熱交換器	—	—	ループ	—	健全 SG 2/3	その他	(※1)	(※2)	使用時間	—	24hr		<div data-bbox="1321 183 1881 279"> <table border="1"> <thead> <tr> <th>2次冷却系の破断</th> <th>原子炉トリップ</th> <th>主蒸気隔離</th> <th>補助給水</th> <th>事故シナリオ</th> <th>事故シナリオグループ</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>炉心冷却成功</td> <td>炉心冷却成功</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>×</td> <td>2次冷却系の破断+補助給水失敗</td> <td>2次冷却系の破断+補助給水失敗</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>×</td> <td>○</td> <td>2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗</td> <td>2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>ATWSへ</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table> </div> <p data-bbox="1411 295 1792 319">第 3.1.1.1.d-1 (h) 図 2 次冷却系の破断イベントツリー</p> <p data-bbox="1321 343 1904 454">【仮定条件】 2 次冷却系の破断としては以下の破断を含むものとし、原子炉格納容器内部での破断を仮定する。 ・ 主蒸気管破断（完全両端破断） ・ 主給水管破断（完全両端破断）</p> <p data-bbox="1321 478 1904 574">【イベントツリーの説明】 ・ 2 次冷却系の破断においても、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却が確保されるが、補助給水による 2 次冷却系の冷却を確保するために、破断した主蒸気管の隔離を行う。</p> <p data-bbox="1321 598 1904 869">【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="1433 622 1769 805"> <thead> <tr> <th>2 次冷却系の破断</th> <th>主蒸気隔離</th> <th>補助給水</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>—</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>—</td> <td>健全 SG 1/2</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>(※1)</td> <td>(※2)</td> </tr> <tr> <td>使用時間</td> <td>—</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シナリオ</td> <td>○</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> <p data-bbox="1433 805 1612 869">(注) ○：必要 ×：失敗を想定 —：不動作又は不要</p> <p data-bbox="1433 893 1724 1061">(※1) 破断ループ主蒸気逆止弁閉止 or 健全ループ主蒸気隔離弁全閉止、タービン動補助給水ポンプ駆動蒸気主蒸気ライン元弁閉止 or タービン動補助給水ポンプ駆動蒸気主蒸気ライン逆止弁閉止 (※2) 破断ループへの補助給水隔離</p>	2次冷却系の破断	原子炉トリップ	主蒸気隔離	補助給水	事故シナリオ	事故シナリオグループ	○	○	○	○	炉心冷却成功	炉心冷却成功	○	○	○	×	2次冷却系の破断+補助給水失敗	2次冷却系の破断+補助給水失敗	○	○	×	○	2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗	2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗	○	○	○	○	ATWSへ	—	2 次冷却系の破断	主蒸気隔離	補助給水	ポンプ	—	1/3	熱交換器	—	—	ループ	—	健全 SG 1/2	その他	(※1)	(※2)	使用時間	—	24hr	成功シナリオ	○	○	<p data-bbox="1908 135 2060 167">相違理由</p> <p data-bbox="1908 718 2150 845">【大飯】 ■設計の相違 ・ループ数の相違により成功基準が異なる（伊方と同様）</p> <p data-bbox="1908 861 2150 1053">【大飯】 ■記載方針の相違（伊方、支海と同様） ・泊は【成功基準】にて「成功シナリオ」を記載し説明の充実を図っている</p> <p data-bbox="1908 1069 2150 1260">【大飯】 ■設備名称の相違 ・タービン動補助給水ポンプ駆動蒸気逆止弁⇔タービン動補助給水ポンプ駆動蒸気主蒸気ライン逆止弁</p>
2次冷却系の破断	原子炉トリップ	主蒸気隔離	補助給水	事故シナリオ																																																																																													
○	○	○	○	炉心冷却成功																																																																																													
○	○	○	×	2次冷却系の破断+補助給水失敗																																																																																													
○	○	×	○	2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗																																																																																													
○	○	○	○	ATWSへ																																																																																													
2 次冷却系の破断	主蒸気隔離	補助給水																																																																																															
ポンプ	—	1/3																																																																																															
熱交換器	—	—																																																																																															
ループ	—	健全 SG 2/3																																																																																															
その他	(※1)	(※2)																																																																																															
使用時間	—	24hr																																																																																															
2次冷却系の破断	原子炉トリップ	主蒸気隔離	補助給水	事故シナリオ	事故シナリオグループ																																																																																												
○	○	○	○	炉心冷却成功	炉心冷却成功																																																																																												
○	○	○	×	2次冷却系の破断+補助給水失敗	2次冷却系の破断+補助給水失敗																																																																																												
○	○	×	○	2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗	2次冷却系の破断+主蒸気隔離失敗																																																																																												
○	○	○	○	ATWSへ	—																																																																																												
2 次冷却系の破断	主蒸気隔離	補助給水																																																																																															
ポンプ	—	1/3																																																																																															
熱交換器	—	—																																																																																															
ループ	—	健全 SG 1/2																																																																																															
その他	(※1)	(※2)																																																																																															
使用時間	—	24hr																																																																																															
成功シナリオ	○	○																																																																																															

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																															
<div data-bbox="136 199 631 384"> <table border="1"> <thead> <tr> <th>蒸気発生器伝熱管破損</th> <th>原子炉トリップ</th> <th>補助給水</th> <th>破損側蒸気発生器の隔離</th> <th>事故シーケンス</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>炉心冷却成功</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>蒸気発生器伝熱管破損 +破損側蒸気発生器の隔離失敗</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>蒸気発生器伝熱管破損 +補助給水失敗</td> </tr> <tr> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>ATWSへ</td> </tr> </tbody> </table> </div> <div data-bbox="152 395 613 416"> <p>第 1.1.1.d-1 (i) 図 蒸気発生器伝熱管破損イベントツリー</p> </div> <div data-bbox="100 448 672 651"> <p>【仮定条件】</p> <ul style="list-style-type: none"> 蒸気発生器伝熱管破損は、原子炉設置許可申請書添付十と同様、伝熱管1本の完全両端破断を仮定する。 <p>【イベントツリーの説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> 蒸気発生器伝熱管破損時には、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却を確保する。 破損した蒸気発生器を隔離し、1次冷却系の圧力と破損した蒸気発生器の2次側圧力が均圧することで1次冷却系保有水の減少は防止できる。 <p>【成功基準】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>蒸気発生器伝熱管破損</th> <th>補助給水</th> <th>破損側蒸気発生器の隔離</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>健全SG 2/3</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>(※1)</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table> <p>(注) —：不動作又は不要 (※1) 破損側SG主蒸気速がし弁閉止 or 元弁閉止、破損SG主蒸気安全弁閉止、主蒸気バイパス弁閉止 or 主蒸気隔離弁閉止</p> </div>	蒸気発生器伝熱管破損	原子炉トリップ	補助給水	破損側蒸気発生器の隔離	事故シーケンス	○	○	○	○	炉心冷却成功	○	○	○	○	蒸気発生器伝熱管破損 +破損側蒸気発生器の隔離失敗	○	○	○	○	蒸気発生器伝熱管破損 +補助給水失敗	○	○	○	○	ATWSへ	蒸気発生器伝熱管破損	補助給水	破損側蒸気発生器の隔離	ポンプ	1/3	—	熱交換器	—	—	ループ	健全SG 2/3	—	その他	—	(※1)	使命時間	24hr	—	<div data-bbox="1323 199 1861 300"> </div> <div data-bbox="1400 311 1794 331"> <p>第 3.1.1.d-1 (i) 図 蒸気発生器伝熱管破損イベントツリー</p> </div> <div data-bbox="1323 359 1883 566"> <p>【仮定条件】</p> <ul style="list-style-type: none"> 蒸気発生器伝熱管破損は、原子炉設置許可申請書添付十と同様、伝熱管1本の完全両端破断を仮定する。 <p>【イベントツリーの説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> 蒸気発生器伝熱管破損時には、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却を確保する。 破損した蒸気発生器を隔離し、1次冷却系の圧力と破損した蒸気発生器の2次側圧力が均圧することで1次系冷却保有水の減少は防止できる。 <p>【成功基準】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>蒸気発生器伝熱管破損</th> <th>補助給水</th> <th>破損側SGの隔離</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>健全SG 1/2</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>(※1)</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>成功シーケンス</td> <td>○</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> <p>(注) ○：必要 ×：失敗を想定 —：不動作又は不要</p> <p>(※1) 破損側SG主蒸気速がし弁閉止 or 元弁閉止、破損側SG主蒸気安全弁閉止、タービンバイパス弁閉止 or 主蒸気隔離弁閉止、タービン動補助給水ポンプ駆動蒸気主蒸気ライン元弁閉止</p> </div>	蒸気発生器伝熱管破損	補助給水	破損側SGの隔離	ポンプ	1/3	—	熱交換器	—	—	ループ	健全SG 1/2	—	その他	—	(※1)	使命時間	24hr	—	成功シーケンス	○	○	<div data-bbox="1908 199 2128 1157"> <p>相違理由</p> <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 設計の相違 ループ数の相違により成功基準が異なる（伊方と同様） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 記載方針の相違（伊方、玄海と同様） 泊は【成功基準】にて「成功シーケンス」を記載し説明の充実化を図っている 泊は破損側SG隔離の成功基準として必要な弁を全て記載している（成功基準については大飯と同様）。 </div>
蒸気発生器伝熱管破損	原子炉トリップ	補助給水	破損側蒸気発生器の隔離	事故シーケンス																																																														
○	○	○	○	炉心冷却成功																																																														
○	○	○	○	蒸気発生器伝熱管破損 +破損側蒸気発生器の隔離失敗																																																														
○	○	○	○	蒸気発生器伝熱管破損 +補助給水失敗																																																														
○	○	○	○	ATWSへ																																																														
蒸気発生器伝熱管破損	補助給水	破損側蒸気発生器の隔離																																																																
ポンプ	1/3	—																																																																
熱交換器	—	—																																																																
ループ	健全SG 2/3	—																																																																
その他	—	(※1)																																																																
使命時間	24hr	—																																																																
蒸気発生器伝熱管破損	補助給水	破損側SGの隔離																																																																
ポンプ	1/3	—																																																																
熱交換器	—	—																																																																
ループ	健全SG 1/2	—																																																																
その他	—	(※1)																																																																
使命時間	24hr	—																																																																
成功シーケンス	○	○																																																																

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシスグループ及び重要事故シナシス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																										
<div data-bbox="197 220 560 367"> <table border="1"> <tr> <th>過渡事象</th> <th>原子炉トリップ</th> <th>補助給水</th> <th>事故シナシス</th> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>炉心冷却成功</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>過渡事象+補助給水失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>ATWSへ</td> </tr> </table> </div> <div data-bbox="208 379 548 402"> <p>第 3.1.1.d-1 (j) 図 過渡事象イベントツリー</p> </div> <div data-bbox="107 408 190 427"> <p>【仮定条件】</p> </div> <div data-bbox="107 430 477 474"> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉トリップを伴う過渡事象一般を含む。 主給水流量喪失等の独立した事象以外を対象とする。 </div> <div data-bbox="107 496 277 517"> <p>【イベントツリーの説明】</p> </div> <div data-bbox="107 518 656 561"> <ul style="list-style-type: none"> 過渡事象の場合、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却が確保される。 </div> <div data-bbox="107 584 190 604"> <p>【成功基準】</p> </div> <div data-bbox="230 601 526 753"> <table border="1"> <tr> <th>過渡事象</th> <th>補助給水</th> </tr> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>SG 2/3</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> </tr> </table> </div> <div data-bbox="230 751 398 767"> <p>(注) —：不動作又は不要</p> </div>	過渡事象	原子炉トリップ	補助給水	事故シナシス				炉心冷却成功				過渡事象+補助給水失敗				ATWSへ	過渡事象	補助給水	ポンプ	1/3	熱交換器	—	ループ	SG 2/3	その他	—	使命時間	24hr	<div data-bbox="723 188 1261 632"> </div> <div data-bbox="837 641 1162 662"> <p>第3.1.1.d-1図 過渡事象に対するイベントツリー</p> </div> <div data-bbox="741 686 813 707"> <p>【仮定条件】</p> </div> <div data-bbox="741 708 1032 729"> <ul style="list-style-type: none"> 外部電源喪失以外の過渡事象を起因事象とする。 </div> <div data-bbox="741 753 891 774"> <p>【イベントツリーの説明】</p> </div> <div data-bbox="741 774 1267 1011"> <ul style="list-style-type: none"> 起因事象発生後、原子炉停止・炉心冷却・崩壊熱除去に成功することで事象が収束する。 原子炉停止に失敗した場合は、「原子炉停止失敗」により炉心損傷に至る。 事象発生により原子炉圧力が上昇するため、注水に際しS/R弁開放及び再閉鎖により圧力を制御する。この圧力バウンダリ健全性維持の成功・失敗により以降の事故進展が異なる。(S/R弁の再閉鎖に失敗した場合、低圧炉心冷却のための原子炉減圧は不要) 高圧炉心冷却及び原子炉減圧が失敗した場合は、「高圧注水・減圧失敗」により炉心損傷に至る。 高圧炉心冷却に失敗、原子炉減圧に成功した後、低圧炉心冷却に失敗した場合は、「高圧・低圧注水失敗」により炉心損傷に至る。 炉心冷却に成功した後、崩壊熱除去に失敗した場合は「崩壊熱除去失敗」により炉心損傷に至る。 </div>	<div data-bbox="1339 204 1877 280"> </div> <div data-bbox="1456 292 1769 312"> <p>第 3.1.1.d-1 (j) 図 過渡事象イベントツリー</p> </div> <div data-bbox="1339 339 1424 360"> <p>【仮定条件】</p> </div> <div data-bbox="1339 362 1718 406"> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉トリップを伴う過渡事象一般を含む。 主給水流量喪失等の独立した事象以外を対象とする。 </div> <div data-bbox="1339 432 1514 453"> <p>【イベントツリーの説明】</p> </div> <div data-bbox="1339 454 1888 502"> <ul style="list-style-type: none"> 過渡事象の場合、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却が確保される。 </div> <div data-bbox="1339 528 1424 549"> <p>【成功基準】</p> </div> <div data-bbox="1478 549 1731 721"> <table border="1"> <tr> <th>過渡事象</th> <th>補助給水</th> </tr> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>SG 2/3</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シナシス</td> <td>○</td> </tr> </table> </div> <div data-bbox="1478 721 1668 790"> <p>(注) ○：必要 ×：失敗を想定 —：不動作又は不要</p> </div>	過渡事象	補助給水	ポンプ	1/3	熱交換器	—	ループ	SG 2/3	その他	—	使命時間	24hr	成功シナシス	○	<div data-bbox="1908 619 1980 639"> <p>【大飯】</p> </div> <div data-bbox="1908 652 2031 675"> <p>■設計の相違</p> </div> <div data-bbox="1908 687 2159 743"> <p>・ループ数の相違により成功基準が異なる（伊方と同様）</p> </div> <div data-bbox="1908 754 1980 777"> <p>【大飯】</p> </div> <div data-bbox="1908 788 2159 845"> <p>■記載方針の相違（伊方、玄海と同様）</p> </div> <div data-bbox="1908 857 2159 948"> <p>・泊は【成功基準】にて「成功シナシス」を記載し説明の充実を図っている</p> </div>
過渡事象	原子炉トリップ	補助給水	事故シナシス																																										
			炉心冷却成功																																										
			過渡事象+補助給水失敗																																										
			ATWSへ																																										
過渡事象	補助給水																																												
ポンプ	1/3																																												
熱交換器	—																																												
ループ	SG 2/3																																												
その他	—																																												
使命時間	24hr																																												
過渡事象	補助給水																																												
ポンプ	1/3																																												
熱交換器	—																																												
ループ	SG 2/3																																												
その他	—																																												
使命時間	24hr																																												
成功シナシス	○																																												

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1 PRA 3.1 内部事象 PRA 3.1.1 出力運転時 PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																				
<div data-bbox="116 204 654 370"> </div> <p data-bbox="161 384 607 402">第 3.1.1.1.d-1 (k) 図 原子炉補機冷却機能喪失イベントツリー</p> <p data-bbox="116 437 654 691"> 【仮定条件】 原子炉補機冷却機能喪失としては次のものを考える。 ・ 原子炉補機冷却水ポンプ全台又は海水ポンプ全台の故障による冷却能力の喪失 ・ 原子炉補機冷却水系又は原子炉補機冷却水系の配管、弁等の破断による冷却能力の喪失 【イベントツリーの説明】 ・ 原子炉補機冷却機能喪失時には、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却を確保する。 ・ ECCS機能が喪失しているため、起回事象に從属して発生する可能性のあるLOCAとして「加圧器過し弁/安全弁LOCA」及び「RCPシールLOCA」を考慮している。 </p> <div data-bbox="116 715 654 880"> <p data-bbox="116 715 654 730">【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="152 730 618 880"> <thead> <tr> <th>原子炉補機冷却機能喪失</th> <th>補助給水</th> <th>加圧器過し弁/安全弁LOCA</th> <th>RCPシールLOCA</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>SG 2/4</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>(※1)</td> <td>0.21の確率で発生</td> </tr> <tr> <td>使用時間</td> <td>24hr</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table> <p data-bbox="161 880 528 912">(注) —：不作動又は不要 (※1) 加圧器過し弁再閉止 or 弁弁閉止、加圧器安全弁再閉止</p> </div>	原子炉補機冷却機能喪失	補助給水	加圧器過し弁/安全弁LOCA	RCPシールLOCA	ポンプ	1/3	—	—	熱交換器	—	—	—	ループ	SG 2/4	—	—	その他	—	(※1)	0.21の確率で発生	使用時間	24hr	—	—		<div data-bbox="1348 193 1872 316"> </div> <p data-bbox="1406 325 1814 343">第 3.1.1.1.d-1 (k) 図 原子炉補機冷却機能喪失イベントツリー</p> <p data-bbox="1339 373 1881 671"> 【仮定条件】 原子炉補機冷却機能喪失としては次のものを考える。 ・ 原子炉補機冷却水ポンプ全台又は原子炉補機冷却水ポンプ全台の故障による冷却能力の喪失 ・ 原子炉補機冷却水系又は原子炉補機冷却水系の配管・弁等の破断による冷却能力の喪失 【イベントツリーの説明】 ・ 原子炉補機冷却機能喪失時には、「原子炉トリップ」により原子炉出力を抑制するとともに、「補助給水」により安定した炉心冷却を確保する。 ・ ECCS機能が喪失しているため、起回事象に從属して発生する可能性のあるLOCAとして「加圧器過し弁/安全弁LOCA」及び「RCPシールLOCA」を考慮している。 </p> <div data-bbox="1339 699 1863 890"> <p data-bbox="1339 699 1863 715">【成功基準】</p> <table border="1" data-bbox="1348 715 1854 890"> <thead> <tr> <th>原子炉補機冷却機能喪失</th> <th>補助給水</th> <th>加圧器過し弁/安全弁LOCA</th> <th>RCPシールLOCA</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>SG 2/3</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>—</td> <td>(※1)</td> <td>1.0の確率で発生</td> </tr> <tr> <td>使用時間</td> <td>24hr</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>成功シーケンス</td> <td>○</td> <td>○</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table> <p data-bbox="1348 896 1527 960">(注) ○：必要 ×：失敗を想定 —：不作動又は不要</p> <p data-bbox="1339 992 1603 1024">(※1) 加圧器過し弁再閉止 or 弁弁閉止、加圧器安全弁再閉止</p> </div>	原子炉補機冷却機能喪失	補助給水	加圧器過し弁/安全弁LOCA	RCPシールLOCA	ポンプ	1/3	—	—	熱交換器	—	—	—	ループ	SG 2/3	—	—	その他	—	(※1)	1.0の確率で発生	使用時間	24hr	—	—	成功シーケンス	○	○	○	<p data-bbox="1908 756 2128 1184"> 【大飯】 ■設計の相違 ・ループ数の相違により成功基準が異なる（伊方と同様） ・耐熱Oリングの設計の相違によるRCPシールLOCA発生確率の相違（伊方、玄海と同様） 【大飯】 ■記載方針の相違（伊方、玄海と同様） ・泊は【成功基準】にて「成功シーケンス」を記載し説明の充実化を図っている </p>
原子炉補機冷却機能喪失	補助給水	加圧器過し弁/安全弁LOCA	RCPシールLOCA																																																				
ポンプ	1/3	—	—																																																				
熱交換器	—	—	—																																																				
ループ	SG 2/4	—	—																																																				
その他	—	(※1)	0.21の確率で発生																																																				
使用時間	24hr	—	—																																																				
原子炉補機冷却機能喪失	補助給水	加圧器過し弁/安全弁LOCA	RCPシールLOCA																																																				
ポンプ	1/3	—	—																																																				
熱交換器	—	—	—																																																				
ループ	SG 2/3	—	—																																																				
その他	—	(※1)	1.0の確率で発生																																																				
使用時間	24hr	—	—																																																				
成功シーケンス	○	○	○																																																				

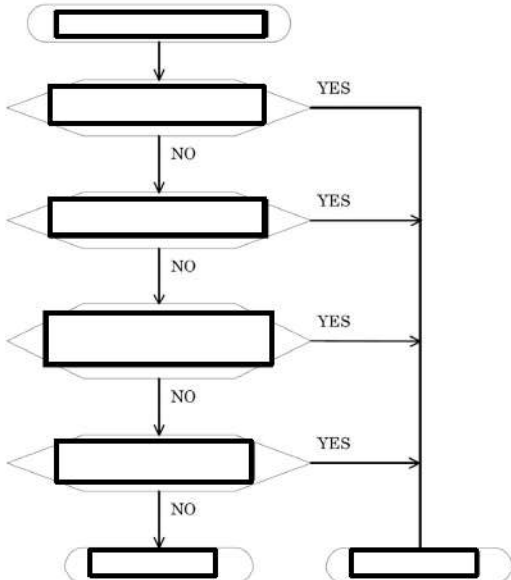
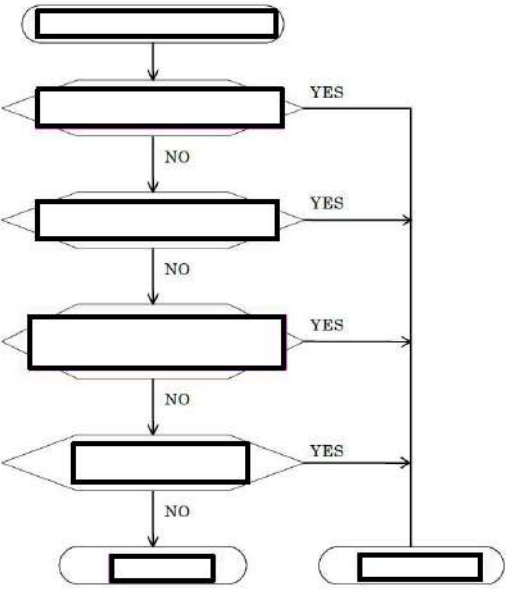
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																																																								
<div data-bbox="219 215 544 316"> <table border="1"> <tr> <th>手動停止</th> <th>補助給水</th> <th>事故シーケンス</th> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td>炉心冷却成功</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td>手動停止+補助給水失敗</td> </tr> </table> </div> <p data-bbox="208 323 553 346">第 3.1.1.1.d-1 (I) 図 手動停止イベントツリー</p> <p data-bbox="107 379 192 400">【仮定条件】</p> <ul data-bbox="107 400 658 443" style="list-style-type: none"> 手動停止は過渡事象の一部であるが、原子炉トリップを伴わず運転員の手動による原子炉停止が行われる事象を想定する。 <p data-bbox="107 469 280 489">【イベントツリーの説明】</p> <ul data-bbox="107 489 658 533" style="list-style-type: none"> 手動停止の場合、起因事象として原子炉は停止できているため、補助給水により安定した炉心冷却が確保される。 <p data-bbox="107 558 192 579">【成功基準】</p> <table data-bbox="241 571 524 715"> <tr> <th>手動停止</th> <th>補助給水</th> </tr> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>-</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>S.G 2/4</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>-</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> </tr> </table> <p data-bbox="250 715 407 730">(注) -：不 작동又は不要</p>	手動停止	補助給水	事故シーケンス			炉心冷却成功			手動停止+補助給水失敗	手動停止	補助給水	ポンプ	1/3	熱交換器	-	ループ	S.G 2/4	その他	-	使命時間	24hr	<div data-bbox="725 193 1281 667"> <table border="1"> <tr> <th>通常停止/サポート系喪失</th> <th>圧力バウンダリ健全性</th> <th>高圧炉心冷却</th> <th>原子炉減圧</th> <th>低圧炉心冷却</th> <th>崩壊熱除去</th> <th>事故シーケンス</th> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>損傷なし</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>崩壊熱除去失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>損傷なし</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>崩壊熱除去失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>高圧・低圧注水失敗 高圧注水・減圧失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>損傷なし</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>崩壊熱除去失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>損傷なし</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>崩壊熱除去失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>高圧・低圧注水失敗</td> </tr> </table> </div> <p data-bbox="813 671 1196 692">第3.1.1.1.d-3図 通常停止等に対するイベントツリー</p> <p data-bbox="712 719 792 740">【仮定条件】</p> <ul data-bbox="712 740 1232 815" style="list-style-type: none"> 通常停止及びサポート系の故障を起因事象とする。 起因事象で故障した系統をサポート系に持つ緩和系には期待できないとする。 手動停止であるため、原子炉停止は対象外とする。 <p data-bbox="712 842 882 863">【イベントツリーの説明】</p> <ul data-bbox="712 863 1218 884" style="list-style-type: none"> スクラムは対象外であることを除いて、過渡事象と同様の事象進展となる。 	通常停止/サポート系喪失	圧力バウンダリ健全性	高圧炉心冷却	原子炉減圧	低圧炉心冷却	崩壊熱除去	事故シーケンス							損傷なし							崩壊熱除去失敗							損傷なし							崩壊熱除去失敗							高圧・低圧注水失敗 高圧注水・減圧失敗							損傷なし							崩壊熱除去失敗							損傷なし							崩壊熱除去失敗							高圧・低圧注水失敗	<div data-bbox="1346 199 1872 256"> <table border="1"> <tr> <th>手動停止</th> <th>補助給水</th> <th>事故シーケンス</th> <th>過渡シーケンスグループ</th> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>炉心冷却なし 2号炉が正常に炉心冷却維持</td> </tr> </table> </div> <p data-bbox="1451 264 1756 285">第 3.1.1.1.d-1 (I) 図 手動停止イベントツリー</p> <p data-bbox="1328 312 1411 333">【仮定条件】</p> <ul data-bbox="1328 333 1881 376" style="list-style-type: none"> 手動停止は過渡事象の一部であるが、原子炉トリップを伴わず運転員の手動による原子炉停止が行われる事象を想定する。 <p data-bbox="1328 403 1498 424">【イベントツリーの説明】</p> <ul data-bbox="1328 424 1881 467" style="list-style-type: none"> 手動停止の場合、起因事象として原子炉は停止できているため、「補助給水」により安定した炉心冷却が確保される。 <p data-bbox="1328 494 1411 515">【成功基準】</p> <table data-bbox="1469 515 1738 687"> <tr> <th>手動停止</th> <th>補助給水</th> </tr> <tr> <td>ポンプ</td> <td>1/3</td> </tr> <tr> <td>熱交換器</td> <td>-</td> </tr> <tr> <td>ループ</td> <td>S.G 2/3</td> </tr> <tr> <td>その他</td> <td>-</td> </tr> <tr> <td>使命時間</td> <td>24hr</td> </tr> <tr> <td>成功シーケンス</td> <td>○</td> </tr> </table> <p data-bbox="1469 687 1648 751">(注) ○：必要 ×：失敗を想定 -：不 작동又は不要</p>	手動停止	補助給水	事故シーケンス	過渡シーケンスグループ				炉心冷却なし 2号炉が正常に炉心冷却維持	手動停止	補助給水	ポンプ	1/3	熱交換器	-	ループ	S.G 2/3	その他	-	使命時間	24hr	成功シーケンス	○	<p data-bbox="1917 584 1975 604">【大飯】</p> <ul data-bbox="1917 620 2141 711" style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・ループ数の相違により成功基準が異なる（伊方と同様） <p data-bbox="1917 722 1975 743">【大飯】</p> <ul data-bbox="1917 759 2141 914" style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違（伊方、玄海と同様） ・泊は【成功基準】にて「成功シーケンス」を記載し説明の充実化を図っている
手動停止	補助給水	事故シーケンス																																																																																																																									
		炉心冷却成功																																																																																																																									
		手動停止+補助給水失敗																																																																																																																									
手動停止	補助給水																																																																																																																										
ポンプ	1/3																																																																																																																										
熱交換器	-																																																																																																																										
ループ	S.G 2/4																																																																																																																										
その他	-																																																																																																																										
使命時間	24hr																																																																																																																										
通常停止/サポート系喪失	圧力バウンダリ健全性	高圧炉心冷却	原子炉減圧	低圧炉心冷却	崩壊熱除去	事故シーケンス																																																																																																																					
						損傷なし																																																																																																																					
						崩壊熱除去失敗																																																																																																																					
						損傷なし																																																																																																																					
						崩壊熱除去失敗																																																																																																																					
						高圧・低圧注水失敗 高圧注水・減圧失敗																																																																																																																					
						損傷なし																																																																																																																					
						崩壊熱除去失敗																																																																																																																					
						損傷なし																																																																																																																					
						崩壊熱除去失敗																																																																																																																					
						高圧・低圧注水失敗																																																																																																																					
手動停止	補助給水	事故シーケンス	過渡シーケンスグループ																																																																																																																								
			炉心冷却なし 2号炉が正常に炉心冷却維持																																																																																																																								
手動停止	補助給水																																																																																																																										
ポンプ	1/3																																																																																																																										
熱交換器	-																																																																																																																										
ループ	S.G 2/3																																																																																																																										
その他	-																																																																																																																										
使命時間	24hr																																																																																																																										
成功シーケンス	○																																																																																																																										

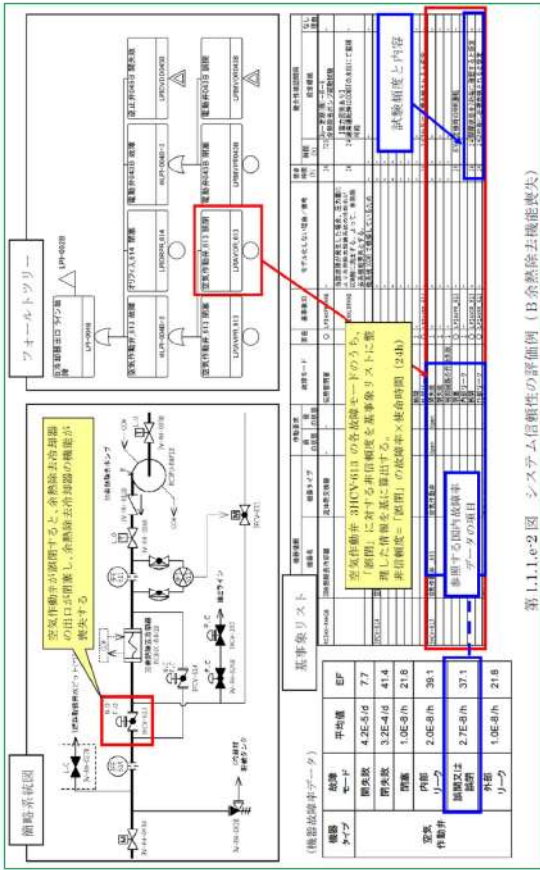
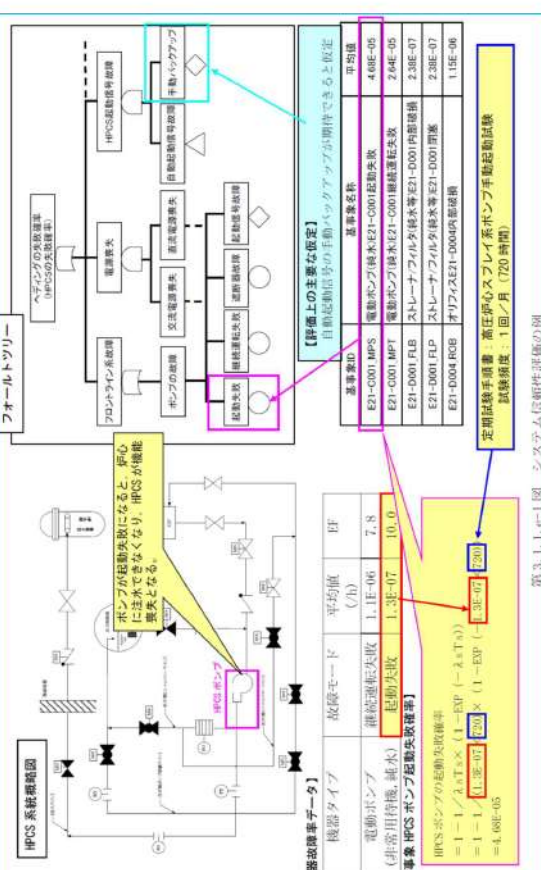
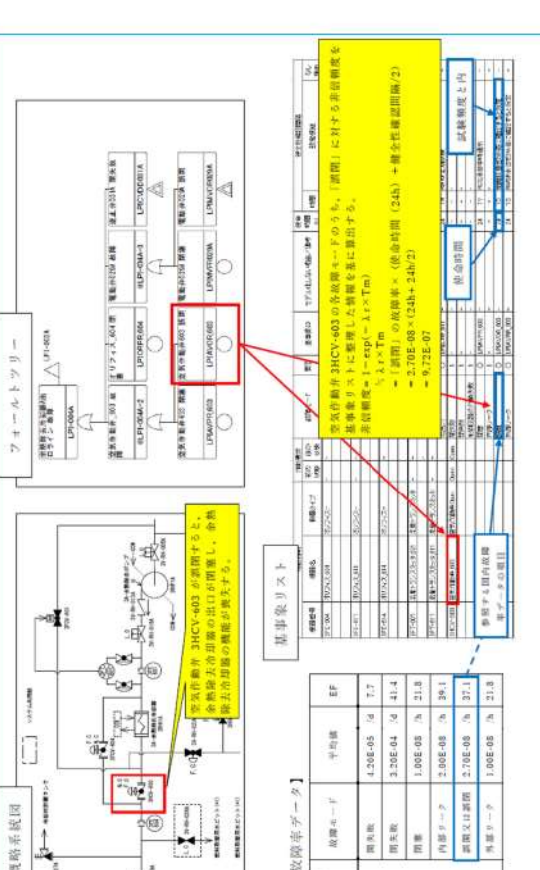
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第 1.1.1.e-1 図 故障モードのスクリーニング手順</p> <p>枠組みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。</p>		 <p>第 3.1.1.e-1 図 故障モードのスクリーニング手順</p> <p>枠組みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。</p>	<p>【女川】</p> <p>■記載方針の相違</p> <p>・記載充実のため、フォールトツリーでモデル化するに当たって対象とする機器の抽出のためのスクリーニング手順を記載しており、女川に記載がないため大阪と比較する</p>

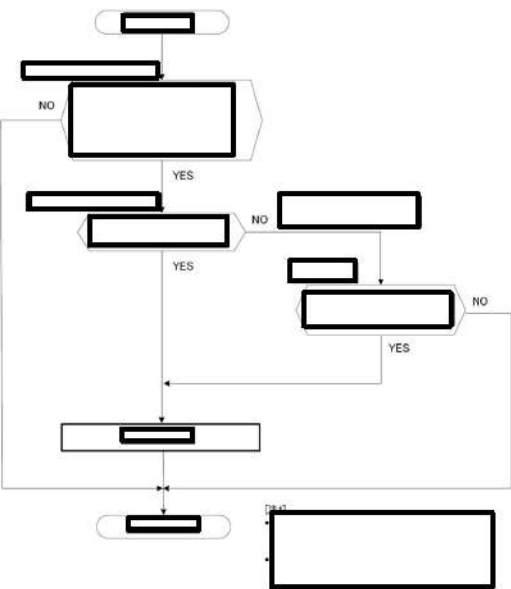
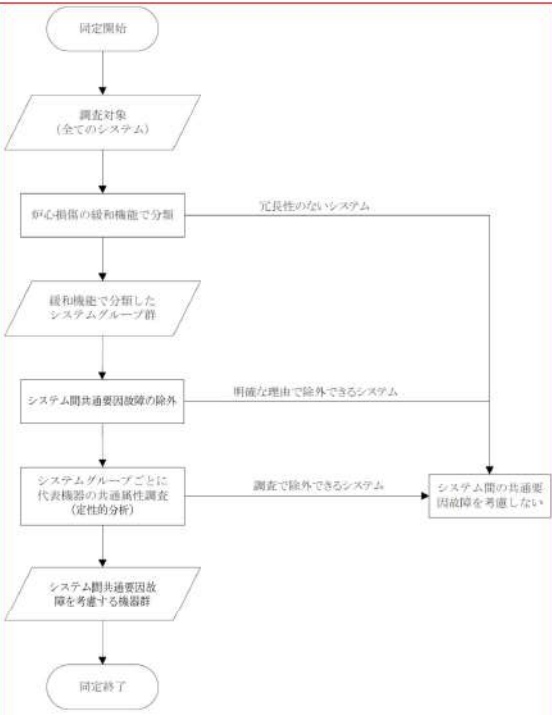
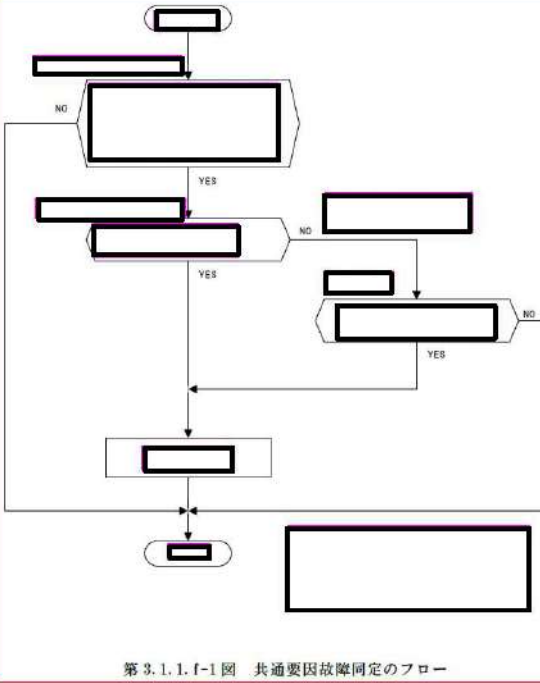
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																
<p>第3.1.1.e-2図 システム信頼性の評価例（B 余熱除去機能喪失）</p>  <p>【機器故障率データ】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>機器タイプ</th> <th>故障モード</th> <th>平均値</th> <th>BF</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="3">電動ポンプ</td> <td>断流</td> <td>4.2E-4/d</td> <td>7.7</td> </tr> <tr> <td>閉塞</td> <td>3.2E-4/d</td> <td>41.4</td> </tr> <tr> <td>閉塞</td> <td>1.0E-2/h</td> <td>21.8</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">空気作動弁</td> <td>閉塞</td> <td>2.0E-2/h</td> <td>39.1</td> </tr> <tr> <td>漏洩又は閉塞</td> <td>2.7E-2/h</td> <td>37.1</td> </tr> <tr> <td>閉塞</td> <td>1.0E-2/h</td> <td>21.8</td> </tr> </tbody> </table>	機器タイプ	故障モード	平均値	BF	電動ポンプ	断流	4.2E-4/d	7.7	閉塞	3.2E-4/d	41.4	閉塞	1.0E-2/h	21.8	空気作動弁	閉塞	2.0E-2/h	39.1	漏洩又は閉塞	2.7E-2/h	37.1	閉塞	1.0E-2/h	21.8	<p>第3.1.1.e-1図 システム信頼性評価の例</p>  <p>【機器故障率データ】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>機器タイプ</th> <th>故障モード</th> <th>平均値</th> <th>BF</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="3">電動ポンプ</td> <td>断流</td> <td>1.1E-06</td> <td>7.8</td> </tr> <tr> <td>断流</td> <td>1.3E-07</td> <td>10.0</td> </tr> <tr> <td>断流</td> <td>1.3E-07</td> <td>10.0</td> </tr> </tbody> </table> <p>【評価上の主要な相違】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>基準番号</th> <th>基準名称</th> <th>平均値</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>E21-000 MPS</td> <td>電動ポンプ(海水)E21-000起動失敗</td> <td>4.0E-09</td> </tr> <tr> <td>E21-001 MPT</td> <td>電動ポンプ(海水)E21-000機械駆動失敗</td> <td>2.6E-05</td> </tr> <tr> <td>E21-001 FLB</td> <td>スレーナフィルタ水等E21-000内筒閉鎖</td> <td>2.9E-07</td> </tr> <tr> <td>E21-001 TLP</td> <td>スレーナフィルタ水等E21-000閉塞</td> <td>2.9E-07</td> </tr> <tr> <td>E21-004 RCB</td> <td>オリフィスE21-000内部閉鎖</td> <td>1.1E-06</td> </tr> </tbody> </table>	機器タイプ	故障モード	平均値	BF	電動ポンプ	断流	1.1E-06	7.8	断流	1.3E-07	10.0	断流	1.3E-07	10.0	基準番号	基準名称	平均値	E21-000 MPS	電動ポンプ(海水)E21-000起動失敗	4.0E-09	E21-001 MPT	電動ポンプ(海水)E21-000機械駆動失敗	2.6E-05	E21-001 FLB	スレーナフィルタ水等E21-000内筒閉鎖	2.9E-07	E21-001 TLP	スレーナフィルタ水等E21-000閉塞	2.9E-07	E21-004 RCB	オリフィスE21-000内部閉鎖	1.1E-06	<p>第3.1.1.e-2図 システム信頼性の評価例（余熱除去冷却器機能喪失）</p>  <p>【機器故障率データ】</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>機器タイプ</th> <th>故障モード</th> <th>平均値</th> <th>BF</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="3">電動ポンプ</td> <td>断流</td> <td>4.30E-05 /d</td> <td>7.7</td> </tr> <tr> <td>閉塞</td> <td>3.0E-04 /d</td> <td>41.4</td> </tr> <tr> <td>閉塞</td> <td>1.0E-02 /h</td> <td>21.8</td> </tr> <tr> <td rowspan="3">空気作動弁</td> <td>閉塞</td> <td>2.0E-02 /h</td> <td>39.1</td> </tr> <tr> <td>漏洩又は閉塞</td> <td>2.70E-02 /h</td> <td>37.1</td> </tr> <tr> <td>閉塞</td> <td>1.0E-02 /h</td> <td>21.8</td> </tr> </tbody> </table>	機器タイプ	故障モード	平均値	BF	電動ポンプ	断流	4.30E-05 /d	7.7	閉塞	3.0E-04 /d	41.4	閉塞	1.0E-02 /h	21.8	空気作動弁	閉塞	2.0E-02 /h	39.1	漏洩又は閉塞	2.70E-02 /h	37.1	閉塞	1.0E-02 /h	21.8	<p>相違理由</p> <ul style="list-style-type: none"> 【女川】 <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 <ul style="list-style-type: none"> ・記載充実のため、泊は実際にシステム信頼性の評価を行う上で整理する基準事象リストを用いた例を示しており、例として挙げたシステムを図のタイトルで示している【大飯と同様】 ■設計の相違 <ul style="list-style-type: none"> ・設計の相違によりシステム信頼性評価の対象のシステムが異なるため、大飯と比較する（着色せず） 【大飯】 <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 <ul style="list-style-type: none"> ・女川実績の反映 ・泊は評価例として空気作動弁の誤閉の故障率の算出過程を詳細に示している【着色せず】 ■機器名称等の相違
機器タイプ	故障モード	平均値	BF																																																																																
電動ポンプ	断流	4.2E-4/d	7.7																																																																																
	閉塞	3.2E-4/d	41.4																																																																																
	閉塞	1.0E-2/h	21.8																																																																																
空気作動弁	閉塞	2.0E-2/h	39.1																																																																																
	漏洩又は閉塞	2.7E-2/h	37.1																																																																																
	閉塞	1.0E-2/h	21.8																																																																																
機器タイプ	故障モード	平均値	BF																																																																																
電動ポンプ	断流	1.1E-06	7.8																																																																																
	断流	1.3E-07	10.0																																																																																
	断流	1.3E-07	10.0																																																																																
基準番号	基準名称	平均値																																																																																	
E21-000 MPS	電動ポンプ(海水)E21-000起動失敗	4.0E-09																																																																																	
E21-001 MPT	電動ポンプ(海水)E21-000機械駆動失敗	2.6E-05																																																																																	
E21-001 FLB	スレーナフィルタ水等E21-000内筒閉鎖	2.9E-07																																																																																	
E21-001 TLP	スレーナフィルタ水等E21-000閉塞	2.9E-07																																																																																	
E21-004 RCB	オリフィスE21-000内部閉鎖	1.1E-06																																																																																	
機器タイプ	故障モード	平均値	BF																																																																																
電動ポンプ	断流	4.30E-05 /d	7.7																																																																																
	閉塞	3.0E-04 /d	41.4																																																																																
	閉塞	1.0E-02 /h	21.8																																																																																
空気作動弁	閉塞	2.0E-02 /h	39.1																																																																																
	漏洩又は閉塞	2.70E-02 /h	37.1																																																																																
	閉塞	1.0E-02 /h	21.8																																																																																

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第1.1.1.f-1図 共通要因故障同定のフロー</p> <p>枠組みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。</p>	 <p>第3.1.1.f-1図 システム間共通要因故障機器群の同定手順</p>	 <p>第 3.1.1.f-1 図 共通要因故障同定のフロー</p> <p>枠組みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。</p>	<p>【女川】</p> <p>■評価方針の相違</p> <p>・泊は型式、機能、環境、運用方法を考慮して機器の故障モードに対して共通要因故障を同定する左記のフローとしている（大飯と同様）</p>

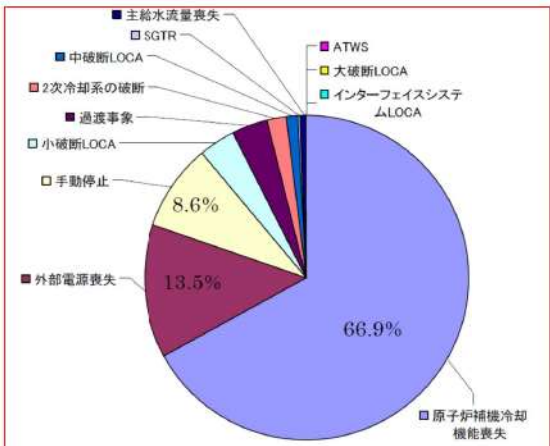
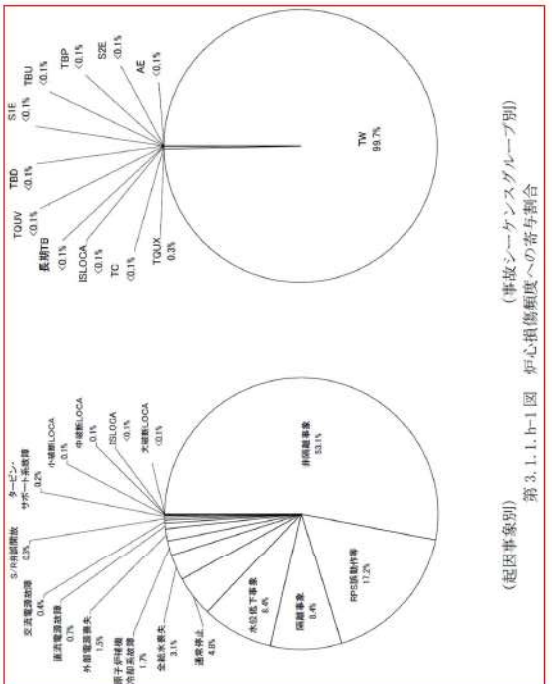
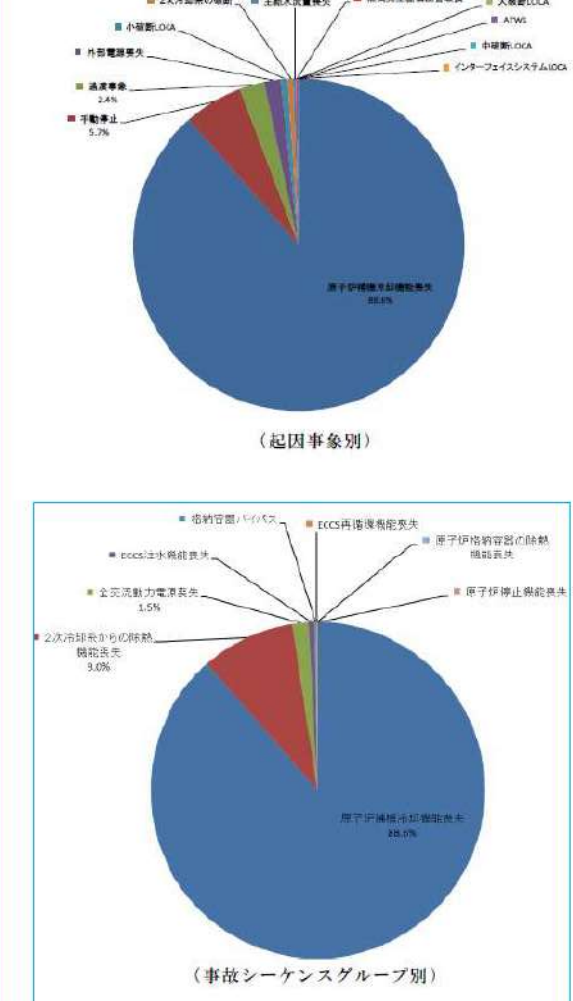
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
			<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ●記載充実のため、泊は事前人的過誤のモデル化の対象機器の選定フローを記載しており、女川に記載がないため大飯と比較する
<p>第 1.1.1.g-1 図 事故前人的過誤モデル化対象機器の選定フロー</p> <p>枠組みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。</p>		<p>第 3.1.1.g-1 図 事故前人的過誤モデル化対象機器の選定フロー</p> <p>枠組みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリクスグループ及び重要事故シナリクス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>大阪発電所3/4号炉</p>  <p>第 1.1.1.h-1 図 起因事象別炉心損傷頻度寄与割合</p>	<p>女川原子力発電所2号炉</p>  <p>（事故シナリクスグループ別） 第 3.1.1.h-1 図 炉心損傷頻度への寄与割合</p> <p>（起因事象別）</p>	<p>泊発電所3号炉</p>  <p>（起因事象別）</p> <p>（事故シナリクスグループ別）</p> <p>第 3.1.1.h-1 図 炉心損傷頻度への寄与割合</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> 個別評価による相違 <p>【大阪】</p> <ul style="list-style-type: none"> 個別評価による相違 ・起因事象別では原子炉補機冷却機能喪失の寄与割合が最も大きく、大阪と同様の傾向となっているが、耐熱オリジグの設計の相違により、泊の場合は原子炉補機冷却機能喪失時のRCPシールLOCA発生確率を保守的に1.0と設定しているため、大阪と比較して全炉心損傷頻度に対する原子炉補機冷却機能喪失の寄与割合が大きくなっている(伊方、玄海と同様)。 <p>【大阪】</p> <ul style="list-style-type: none"> 記載方針の相違 ・女川の実績反映 ・泊は事故シナリクスグループ別の炉心損傷頻度への寄与割合を記載している

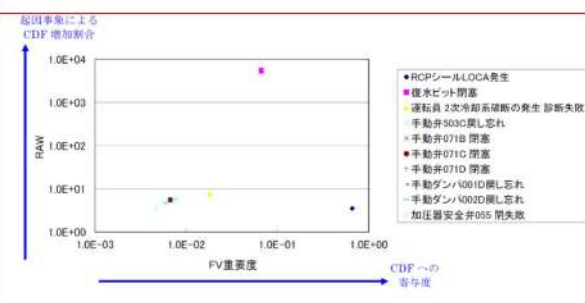
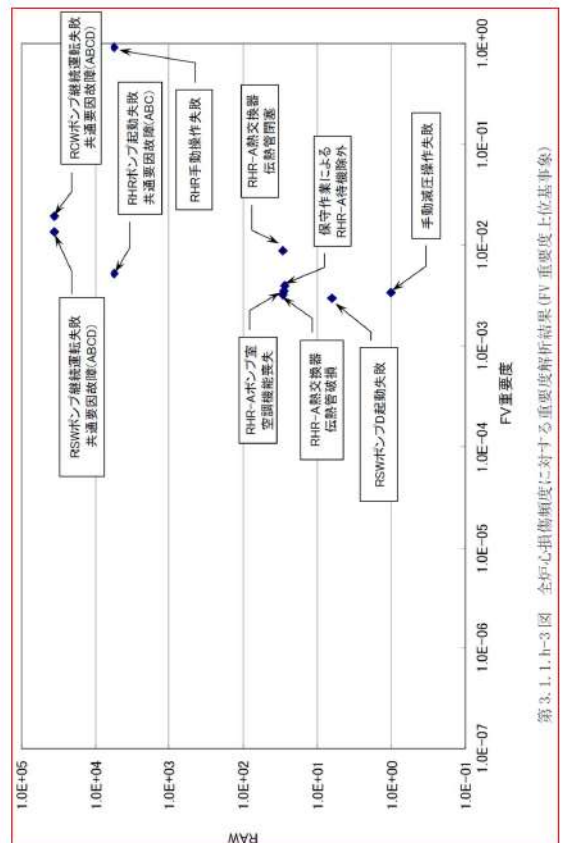
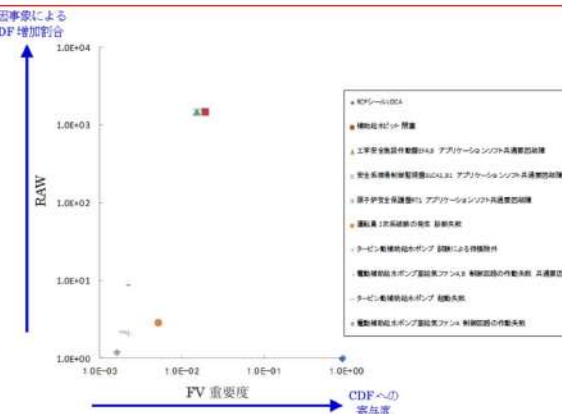
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第 1.1.1.h-2 図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（起因事象）</p>	<p>第 3.1.1.h-2 図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（起因事象）</p>	<p>第 3.1.1.h-2 図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（起因事象）</p>	<p>【女川】【大飯】</p> <p>■個別評価による相違</p>

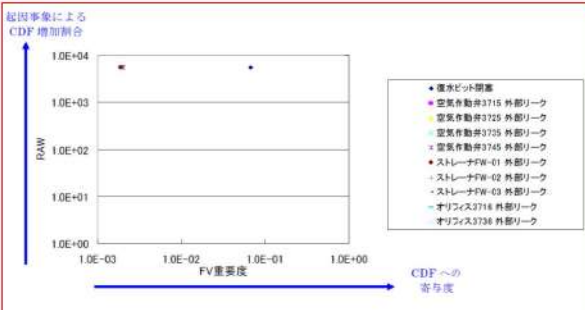
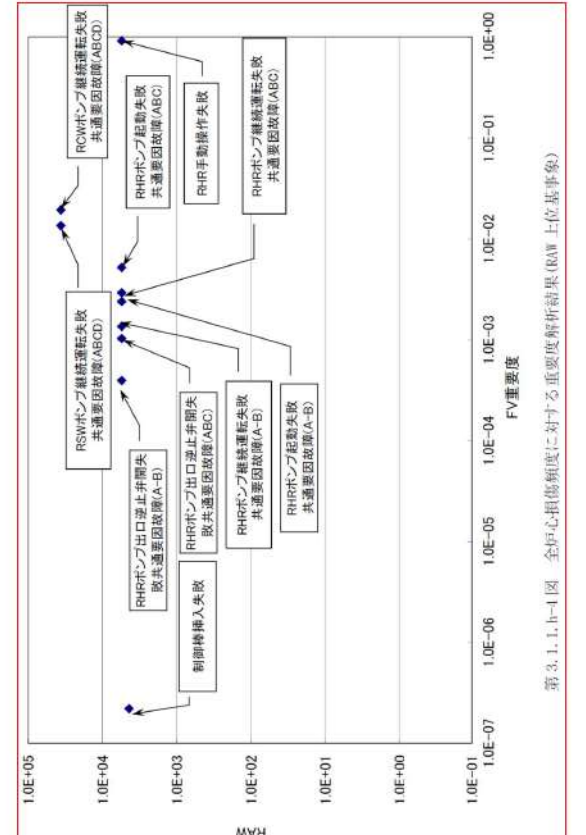
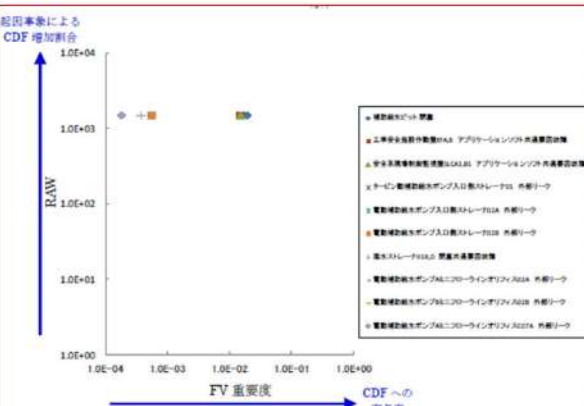
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第 3.1.1.1.h-3 図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（基事象-FV重要度）</p>	 <p>第 3.1.1.1.h-3 図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（FV重要度上位基事象）</p>	 <p>第 3.1.1.h-3 図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（FV重要度上位基事象）</p>	<p>【女川】【大飯】 ■ 個別評価による相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第 3.1.1.h-4 図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（基事象-RAW）</p>	 <p>第 3.1.1.h-1 図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（RAW 上位基事象）</p>	 <p>第3.1.1.h-4図 全炉心損傷頻度に対する重要度解析結果（RAW上位基事象）</p>	<p>【女川】【大飯】 ■ 個別評価による相違</p>

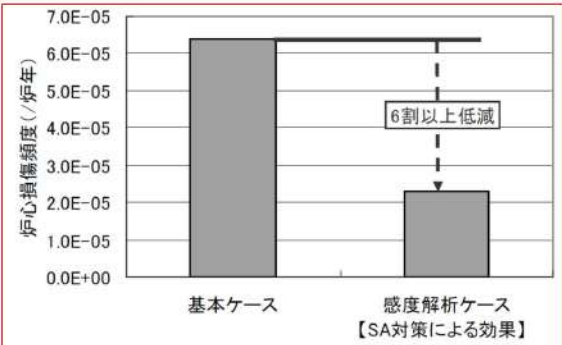
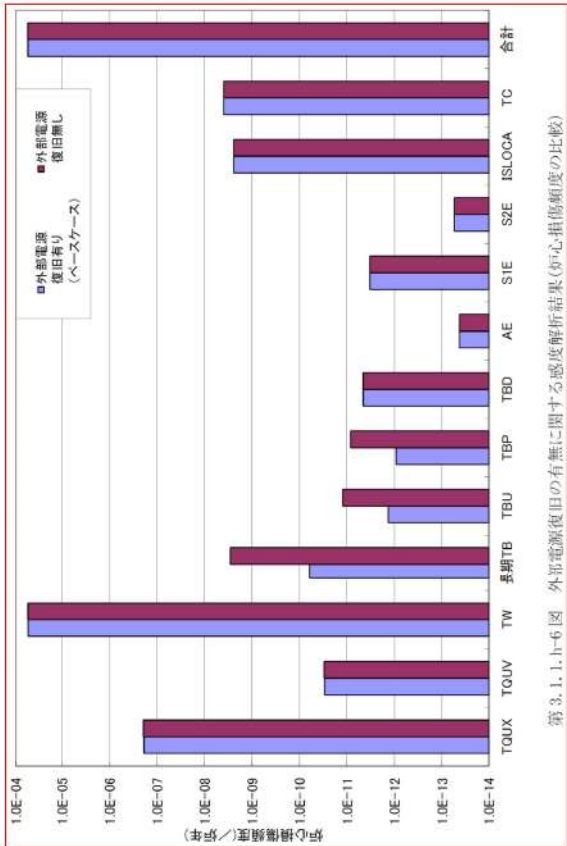
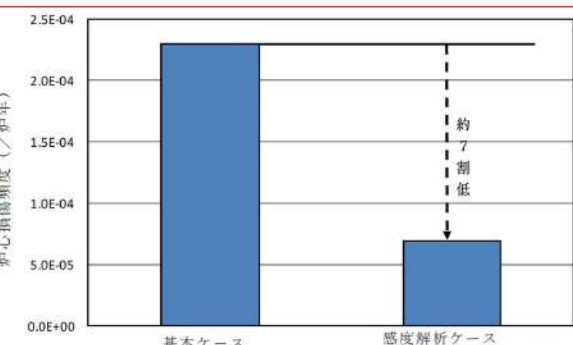
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第 3.1.1.h-5 図 全炉心損傷頻度及び事故シーケンス別炉心損傷頻度に対する不確実さ解析結果</p>	<p>第 3.1.1.h-5 図 全炉心損傷頻度及び事故シーケンスグループに対する不確実さ解析結果</p>	<p>第 3.1.1.h-5 図 全炉心損傷頻度及び事故シーケンス別炉心損傷頻度に対する不確実さ解析結果</p>	<p>【女川】 【大飯】</p> <p>■個別評価による相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第 1.1.1.h-6 図 全炉心損傷頻度に対する感度解析結果 (ドミナントシーケンスに対するSA対策の効果)</p>	 <p>第 3.1.1.h-6 図 外部電源復旧の有無に関する感度解析結果(炉心損傷頻度の比較)</p>	 <p>第 3.1.1.h-6 図 全炉心損傷頻度に対する感度解析結果 【RCPシールLOCAの発生確率変更】</p>	<p>【女川】【大飯】</p> <p>■評価方針の相違</p> <p>・泊は基本ケースで外部電源復旧に期待しておらず、全炉心損傷頻度に対して寄与割合の大きい事故シーケンス（原子炉補機冷却機能喪失+RCPシールLOCA）におけるRCPシールLOCAの発生確率に対して感度解析を実施している（伊方、玄海と同様）</p> <p>・ドミナントシーケンス（原子炉補機冷却機能喪失+RCPシールLOCA）に着目して感度解析を実施している点は大飯も同様</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添3 レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>大阪発電所3/4号炉</p> <p>【基本ケース】 全 CDF：6.4E-05/年 原子炉補機冷却機能喪失 66.9%</p> <p>【感度解析】 全 CDF：2.3E-05/年 原子炉補機冷却機能喪失 38.3%</p> <p>第 1.1.1.h-7 図 起因事象別炉心損傷頻度に対する感度解析結果 (ドミナントシーケンスに対するSA効果の効果、インターフェイスシステムLOCA発生頻度の変更)</p>	<p>女川原子力発電所2号炉</p> <p>【基本ケース】 全 CDF：99.7%</p> <p>【感度解析】 全 CDF：99.6%</p> <p>第 3.1.1.h-7 図 外部電源復旧の有無に関する感度解析結果(事故シーケンスグループ別の寄与割合比較) (外部電源復旧無し)</p>	<p>泊発電所3号炉</p> <p>【基本ケース】 全 CDF：2.3E-4 原子炉補機冷却機能喪失 89.5%</p> <p>【感度解析】 全 CDF：6.9E-5 原子炉補機冷却機能喪失 61.8%</p> <p>第 3.1.1.h-7 図 起因事象別炉心損傷頻度に対する感度解析結果 (RCP システム LOCA、インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の変更)</p>	<p>相違理由</p> <p>【大阪】 ■評価方針の相違 ・泊はベースケースで外部電源復旧に期待しておらず、感度解析として全炉心損傷頻度に対して寄与割合の大きい事故シーケンス（原子炉補機冷却機能喪失+RCP シールドLOCA）における RCP シールドLOCA の発生確率に対して実施している。（伊方、玄海と同様）</p> <p>【女川】 ■評価方針の相違 ・泊は過去の PWR へのコメントを踏まえ、インターフェイスシステム LOCA の発生条件を有効性評価と整合させた場合の解析を実施している（伊方、玄海、大阪と同様）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>第3.1.1.1.1-8図 プラント固有データに関する感度解析結果（炉心損傷頻度の比較、起因事象別）</p>		<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・泊は運転実績が少ないため、プラント固有データを用いた統計処理による感度解析は実施しておらず、泊はRCPシールLOCAの発生確率及びインターフェイスシステムLOCAの発生頻度を対象に感度解析を実施している（RCPシールLOCAの発生確率変更を対象とした感度解析は伊方、玄海と同様。インターフェイスシステムLOCAの発生頻度を対象とした感度解析は伊方、玄海、大阪と同様）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 別添 3. レベル1PRA 3.1 内部事象PRA 3.1.1 出力運転時PRA

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>第3.1.1.1.h-9 図 プラント固有データに関する感度解析結果 (核心損傷頻度の比較、事故シナシグループ別)</p>		<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■ 評価方針の相違 ・ 泊は運転実績が少ないため、プラント固有データを用いた統計処理による感度解析は実施しておらず、泊はRCPシールLOCAの発生確率及びインターフェイスシステムLOCAの発生頻度を対象に感度解析を実施している（RCPシールLOCAの発生確率変更を対象とした感度解析は伊方、玄海と同様。インターフェイスシステムLOCAの発生頻度を対象とした感度解析は伊方、玄海、大阪と同様）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 補足 3.1.1.a-1 泊3号炉の特徴の解析、操作性への影響について

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足 1</p> <p>大阪3号炉及び4号炉の特徴の解析、操作性への影響について</p> <p>大阪3号炉及び4号炉（4ループプラント）の主な特徴について、高浜3号炉及び4号炉（3ループプラント）との相違点に着目して下表に示す。また、これらの特徴の解析／操作性への影響について下表に示す。</p>		<p style="text-align: right;">補足3.1.1.a-1</p> <p>泊3号炉の特徴の解析、操作性への影響について</p> <p>泊3号炉（3ループプラント）、泊1号炉及び2号炉（2ループプラント）の主な特徴について下表に示す。また、これらの特徴の解析／操作性への影響について下表に示す。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・PWR固有の資料であり女川に該当する資料がないため大阪と比較する <p>【大阪】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【大阪】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■名称の相違 ・申請プラント <p>(以下、相違理由説明を省略)</p> <p>【大阪】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・本資料では泊のユニット間での相違点に限らず主な特徴を比較している（高浜1/2と同様）(以下、相違理由説明を省略)

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.a-1 泊3号炉の特徴の解析、操作性への影響について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																				
<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p> <table border="1" data-bbox="73 359 689 1340"> <thead> <tr> <th>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</th> <th>PRCへの影響</th> <th>解析/操作性への影響</th> <th>PRCへの影響</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td> <p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p> </td> <td> <p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p> </td> <td> <p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p> </td> <td> <p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p> </td> </tr> </tbody> </table>	大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している	PRCへの影響	解析/操作性への影響	PRCへの影響	<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p>	<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p>	<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p>	<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p>		<table border="1" data-bbox="1296 359 1908 1340"> <thead> <tr> <th>泊3号炉 (3モードアラート)</th> <th>泊1/2号炉アラート (2モードアラート)</th> <th>PRCへの影響</th> <th>PRCへの影響</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td> <p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p> </td> <td> <p>同左</p> </td> <td> <p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p> </td> <td> <p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p> </td> </tr> <tr> <td> <p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p> </td> <td> <p>同左</p> </td> <td> <p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p> </td> <td> <p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p> </td> </tr> </tbody> </table>	泊3号炉 (3モードアラート)	泊1/2号炉アラート (2モードアラート)	PRCへの影響	PRCへの影響	<p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p>	<p>同左</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p>	<p>同左</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p>	<p>【大飯】</p> <p>■記載内容の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> 赤てん注入系と高圧注入系の分離設計に関して、泊は3号炉と1号炉及び2号炉とで特徴に差異がないことにより大飯と記載が異なり、泊3は大飯3/4と同様の特徴（PRCへの影響の記載）は高浜1/2と同様）
大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している	PRCへの影響	解析/操作性への影響	PRCへの影響																				
<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p>	<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p>	<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p>	<p>大飯の記事を比較するため、補足 3.1.1.a-3～5 ページに記載を再掲している</p>																				
泊3号炉 (3モードアラート)	泊1/2号炉アラート (2モードアラート)	PRCへの影響	PRCへの影響																				
<p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p>	<p>同左</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系の分離設計</p>																				
<p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p>	<p>同左</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p>	<p>赤てん注入系と高圧注入系が独立で運転可能。</p>																				

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.a-1 泊3号炉の特徴の解析、操作性への影響について

大飯発電所3/4号炉		女川原子力発電所2号炉		泊発電所3号炉		相違理由
ブースティングの有無について大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している						
<p>大飯3号炉及び4号炉の設計 東電は、大飯3号炉と大飯4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っている。</p>	<p>大飯3号炉及び4号炉の設計 東電は、大飯3号炉と大飯4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っている。</p>	<p>大飯3号炉及び4号炉の設計 東電は、大飯3号炉と大飯4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っている。</p>	<p>大飯3号炉及び4号炉の設計 東電は、大飯3号炉と大飯4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っている。</p>	<p>泊3号炉 (8ループアラウンド) ブースティングなし</p>	<p>泊3号炉 (2ループアラウンド) ブースティングあり</p>	<p>相違理由</p>
<p>大飯3号炉及び4号炉の設計 東電は、大飯3号炉と大飯4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っている。</p>	<p>大飯3号炉及び4号炉の設計 東電は、大飯3号炉と大飯4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っている。</p>	<p>大飯3号炉及び4号炉の設計 東電は、大飯3号炉と大飯4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っている。</p>	<p>大飯3号炉及び4号炉の設計 東電は、大飯3号炉と大飯4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っており、大飯3号炉及び4号炉の設計を、大飯3号炉及び4号炉の設計として行っている。</p>	<p>泊3号炉 (2ループアラウンド) ブースティングあり</p>	<p>泊3号炉 (2ループアラウンド) ブースティングあり</p>	

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等を選定について
 補足 3.1.1.a-1 泊3号炉の特徴の解析、操作性への影響について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由								
<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> <table border="1"> <tr> <td> <p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> </td> <td> <p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> </td> <td> <p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> </td> <td> <p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> </td> </tr> </table>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<table border="1"> <tr> <td> <p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> </td> <td> <p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> </td> <td> <p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> </td> <td> <p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p> </td> </tr> </table>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>相違理由</p> <p>【大飯】 ■設計の相違 ・格納容器再循環ユニットのダクト開放機構の有無の相違（泊は高浜3/4と同様）</p> <p>【大飯】 ■設計の相違 ・泊は運転開始時点から計測制御設備の総合デジタル化を図っており、PRAに影響する特徴として記載している</p>
<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>								
<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>	<p>格納容器再循環ユニット及び計測制御設備に関する大飯の記載と比較するため、補足 3.1.1.a-2 ページの記載を再掲している</p>								

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足3.1.1.b-1 燃料集合体の落下について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-1</p> <p style="text-align: center;"><u>起回事象から除外している事象について</u></p> <p>日本原子力学会標準「原子力発電所の出力運転状態を対象とした確率論的安全評価に関する実施基準（レベル1 PSA 編）：2008」において、以下の条件を満たす場合に起回事象を評価対象から除外してもよいとされている。</p> <p>「発生の可能性が極めて低いか、又は発生を仮定してもその影響が限定される場合、又はPSAの使用目的からは必要がないと考えられる場合には、起回事象を評価対象から除外してもよい」</p> <p>本評価における起回事象の選定にあたり、以下に示す事象については、評価対象から除外している。</p> <p>1. 原子炉圧力容器破損</p> <p>「原子炉圧力容器破損」については、原子炉圧力容器は、過渡・事故を想定した保守的な設計を行っていること、使用前検査で有意な欠陥のないこと及び耐圧試験で十分な耐性を有していることを確認していること、供用期間中検査及び定期検査により有意な欠陥やき裂のないことを定期的に確認していること等から、決定論の枠組みの中で既に十分に対応がとられており、大きな残留リスクになるとは考えられない。</p> <p>また、原子炉圧力容器破損の頻度は、WASH-1400 や確率論的破壊力学により試算されており、それぞれ10-7/炉年、10-8/炉年以下となっており、十分に低い値が得られている。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-1</p> <p style="text-align: center;">燃料集合体の落下について</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料構成の相違 ・泊では、女川の別紙3.1.1.b-1に該当する起回事象から除外する事象に関する内容は、別添の本文3.1.1.b.①(2)及び補足3.1.1.b-1～3に記載しており、本補足は燃料集合体の落下事象に関する資料としている。(以下、同様の相違理由を「資料構成の相違」と記載する) <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料構成の相違 ・泊は補足3.1.1.b-2に起回事象から除外している理由を記載している

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-1 燃料集合体の落下について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>2. 原子炉冷却材流量の部分喪失（再循環ポンプ1台トリップ等） 「原子炉冷却材流量の部分喪失」は、原子炉水位がレベル8に達せず、原子炉スクラムもせず、炉心損傷に至ることはない。 ただし、原子炉を手動停止した場合は、「通常停止」の起因事象として分類する。</p> <p>3. 制御棒落下 制御棒と駆動軸との接続部は、十分に信頼性の高い構造となっており、必要な場合以外に分離することがない構造となっていることから制御棒が落下する可能性は非常に低い。 また、設置許可申請書の事故評価の中で、制御棒1本が、制御棒駆動機構から分離して炉心から落下し、急激な反応度添加と出力分布変化により燃料棒の数%程度の破損が想定されているが、炉心損傷防止の観点から影響が限定される。 なお、この事故によって燃料の破損に至った場合においても、周辺公衆への放射線被ばくのリスクは十分に小さい。</p> <p>4. 放射性気体廃棄物処理施設の破損 「放射性気体廃棄物処理施設の破損」については、外部への影響も小さく、また、直ちに原子炉への外乱に至ることはないため、炉心損傷防止の観点からその影響が限定される。</p> <p>5. 主蒸気管破断 「主蒸気管破断」については、主蒸気隔離弁閉成功時は「隔離事象」に分類する。 主蒸気管破断後に主蒸気隔離弁閉鎖に失敗した場合には、格納容器をバイパスして原子炉棟内で蒸気管破断が継続するため、最終的には炉心冷却機能が喪失して炉心損傷に至る。ただし、主蒸気管破断と主蒸気隔離弁閉失敗（格納容器内、外の弁の同時故障）が同時に発生する事象であり、発生頻度が極めて小さい値となることから、評価対象外としている。</p>		<p>【女川】 ■資料構成の相違 ・泊は「原子炉冷却材流量の部分喪失」は「過渡事象」に分類し評価対象としている（大飯についても泊と同様）</p> <p>【女川】 ■資料構成の相違 ・泊は「制御棒の異常な引き抜き」や「制御棒飛び出し」について「過渡事象」や「小破断LOCA」に分類し評価対象としている（大飯についても泊と同様）</p> <p>【女川】 ■資料構成の相違 ・泊は別添の本文 3.1.1.b.①(2)a. に除外理由として同等の内容を記載している</p> <p>【女川】 ■資料構成の相違 ・泊は「主蒸気管破断」は「2次冷却系の破断」に分類し評価対象としている（大飯についても泊と同様）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-1 燃料集合体の落下について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>6. 燃料集合体の落下</p> <p>燃料交換機の燃料つかみ具は二重のワイヤや燃料集合体を確実につかんでいない場合には吊り上げができない等のインターロックを設け、その駆動源である圧縮空気が喪失した場合にも、燃料集合体が外れない設計としている等、燃料集合体の落下事象が発生する可能性は小さい。燃料集合体の落下が発生したとしても、直ちに原子炉への外乱に至ることはないため、炉心損傷防止の観点からその影響は限定される。</p> <p>なお、原子炉設置許可申請書の安全評価の中で、燃料集合体の破損が想定されているが、評価結果から、この事故によって燃料の破損に至った場合においても、周辺公衆への放射線被ばくのリスクは十分に小さい。</p> <p style="text-align: right;">以上</p>	<p>使用済燃料ビットクレーンのホイスト及び燃料取扱工具は二重のワイヤや燃料集合体を確実につかむため機械的インターロックを設け、ホイストの電源が喪失した場合にも、燃料集合体の保持状態を維持する設計としている等、燃料集合体の落下事象が発生する可能性は小さい。燃料集合体の落下が発生したとしても、直ちに原子炉への外乱に至ることはないため、炉心損傷防止の観点からその影響は限定される。</p> <p>なお、原子炉設置許可申請書の安全評価の中で、燃料集合体の破損が想定されているが、評価結果から、この事故によって燃料の破損に至った場合においても、周辺公衆への放射線被ばくのリスクは十分に小さい。</p>	<p>【女川】 ■資料構成の相違</p> <p>【女川】 ■既許可記載の相違 ・設計等が異なるが、泊、女川ともに、ワイヤの二重構造及び駆動源喪失時の燃料保持より燃料が外れて落下しないことを記載している</p> <p>【女川】 ■記載表現の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-2 PRAにおける原子炉容器破損の取扱いについて

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足2</p> <p style="text-align: center;">PRAにおける原子炉容器破損の取扱いについて</p> <p>○原子炉容器破損については、レベル1PSA学会標準やNUREGにおいて、以下のとおり発生頻度は低いと評価されている。</p> <p>○国内PWRプラントは米国PWRプラント（ASMEコードのセクションIII及びXI）と同等の規格（告示501号、JSME維持規格）を踏まえ設計、管理されていること、破壊力学的な要求についても、10CFR50 Appendix Gや米国規制指針の要求を踏まえた国内規格が適用されており、WASH-1400やNUREGの結果を参照できることから、原子炉容器破損は有意なリスク要因にならないと判断し、起因事象から除外している。</p> <p>【レベル1PSA学会標準 解説8.2項抜粋】 (2) 原子炉圧力容器破損</p>	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-1</p> <p style="text-align: center;"><u>起因事象から除外している事象について</u></p> <p>日本原子力学会標準「原子力発電所の出力運転状態を対象とした確率論的安全評価に関する実施基準（レベル1 PSA 編）：2008」において、以下の条件を満たす場合に起因事象を評価対象から除外してもよいとされている。</p> <p>「発生の可能性が極めて低いか、又は発生を仮定してもその影響が限定される場合、又はPSAの使用目的からは必要がないと考えられる場合には、起因事象を評価対象から除外してもよい」</p> <p>本評価における起因事象の選定にあたり、以下に示す事象については、評価対象から除外している。</p> <p>1. 原子炉圧力容器破損</p> <p>「原子炉圧力容器破損」については、原子炉圧力容器は、過渡・事故を想定した保守的な設計を行っていること、使用前検査で有意な欠陥のないこと及び耐圧試験で十分な耐性を有していることを確認していること、供用期間中検査及び定期検査により有意な欠陥やき裂のないことを定期的に確認していること等から、決定論の枠組みの中で既に十分に対応がとられており、大きな残留リスクになるとは考えられない。</p> <p>また、原子炉圧力容器破損の頻度は、WASH-1400 や確率論的破壊力学により試算されており、それぞれ10^{-7}/炉年、10^{-8}/炉年以下となっており、十分に低い値が得られている。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-2</p> <p style="text-align: center;">PRAにおける原子炉容器破損の取扱いについて</p> <p>○原子炉容器破損については、レベル1PSA学会標準やNUREGにおいて、以下のとおり発生頻度は低いと評価されている。</p> <p>○国内PWRプラントは米国PWRプラント（ASMEコードのセクションIII及びXI）と同等の規格（告示501号、JSME維持規格）を踏まえ設計、管理されていること、破壊力学的な要求についても、10CFR50 Appendix Gや米国規制指針の要求を踏まえた国内規格が適用されており、WASH-1400やNUREGの結果を参照できることから、原子炉容器破損は有意なリスク要因にならないと判断し、起因事象から除外している。</p> <p>【レベル1PSA学会標準解説8.2項抜粋】 (2) 原子炉圧力容器破損</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 【女川】【大飯】 ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料構成の相違 ・泊では、女川の別紙3.1.1.b-1に該当する起因事象から除外する事象に関する内容は、別添の本文3.1.1.b.①(2)及び補足3.1.1.b-1～3に記載しており、本補足は原子炉容器破損に関する資料としている。（以下、同様の相違理由を「資料構成の相違」と記載する） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・資料構成及び記載充実により記載内容が異なるため、大飯と比較する（碧色せず）。有意なリスク要因にならないと判断し、起因事象から除外している点に相違はない。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-2 PRAにおける原子炉容器破損の取扱いについて

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>米国、英国、独国の原子炉圧力容器と原子力発電所以外の圧力容器の使用実績から検討した原子炉圧力容器の破損頻度では、原子力発電所以外の圧力容器の破損頻度は10^{-5}/炉年以下、ASMEコードのセクションIIIで設計された原子炉圧力容器の破損頻度は10^{-6}/炉年以下、より工学的安全性の高い原子炉圧力容器の破損頻度はさらに小さいと結論付けている。これらの結果やレビューを踏まえ、WASH-1400では、ECCSの注水能力を越えた原子炉圧力容器の破損頻度を10^{-7}/炉年（エラーファクタ：10）と評価しており、格納容器からの放射性物質の放出の観点から、原子炉圧力容器破損を無視し得ると結論付けている。</p> <p>また、確率論的破壊力学を用いて試算した報告では、PWRプラントにおいて、注水温度による圧力容器壁での熱移動の観点等か、最もストレスの大きい過渡事象（大破断LOCAや蒸気発生器伝熱管破損）に対して、確率論的破壊力学を用いて圧力容器破損頻度を再評価しており、発生頻度として10^{-8}/炉年以下と結論付けている。</p> <p>【NUREG】</p> <p>○米国でのLOCA発生頻度に関する最新文献の一つであるNUREG-1829(2008)には、米国の複数ベンダーや炉型を幅広く調査した上で複数の専門家意見に基づき推定した、PWR全般に適用可能なLOCA発生頻度の推定値がまとめられている。</p> <p>○確率論的破壊力学（PFM）、破壊力学、PRAの専門家からの提供データと専門家意見を集約した結果、破断サイズが等価直径7インチ*から14インチの原子炉容器破損の発生頻度の中央値は約$1.0E-08$/年、上限値は$1.0E-07$/年より若干低いと推定している。また、破断サイズの増加とともに発生頻度は低下するとの工学的判断から、等価直径14インチよりも大きな原子炉容器破損の発生頻度については更に低い値を推定している。</p> <p>※NUREG文献によると、小規模なもの（7インチ以下）はLOCAの要因はCRDMの損傷が支配的だとしている。CRDM等炉心部よりも上部で発生する小規模なLOCAは、ECCSによる緩和の可能性があるので、PRA上は「原子炉容器破損」ではなく、「中破断LOCA」または「小破断LOCA」に分類される。</p>	<p>米国、英国、独国の原子炉圧力容器と原子力発電所以外の圧力容器の使用実績から検討した原子炉圧力容器の破損頻度では、原子力発電所以外の圧力容器の破損頻度は10^{-5}/炉年以下、ASMEコードのセクションIIIで設計された原子炉圧力容器の破損頻度は10^{-6}/炉年以下、より工学的安全性の高い原子炉圧力容器の破損頻度はさらに小さいと結論付けている。これらの結果やレビューを踏まえ、WASH-1400では、ECCSの注水能力を越えた原子炉圧力容器の破損頻度を10^{-7}/炉年（エラーファクタ：10）と評価しており、格納容器からの放射性物質の放出の観点から、原子炉圧力容器破損を無視し得ると結論付けている。</p> <p>また、確率論的破壊力学を用いて試算した報告では、PWRプラントにおいて、注水温度による圧力容器壁での熱移動の観点等か、最もストレスの大きい過渡事象（大破断LOCAや蒸気発生器伝熱管破損）に対して、確率論的破壊力学を用いて圧力容器破損頻度を再評価しており、発生頻度として10^{-8}/炉年以下と結論付けている。</p> <p>【NUREG】</p> <p>○米国でのLOCA発生頻度に関する最新文献の一つであるNUREG-1829(2008)には、米国の複数ベンダーや炉型を幅広く調査した上で複数の専門家意見に基づき推定した、PWR全般に適用可能なLOCA発生頻度の推定値がまとめられている。</p> <p>○確率論的破壊力学（PFM）、破壊力学、PRAの専門家からの提供データと専門家意見を集約した結果、破断サイズが等価直径7インチ*から14インチの原子炉容器破損の発生頻度の中央値は約1.0×10^{-8}/年、上限値は1.0×10^{-7}/年より若干低いと推定している。また、破断サイズの増加とともに発生頻度は低下するとの工学的判断から、等価直径14インチよりも大きな原子炉容器破損の発生頻度については更に低い値を推定している。</p> <p>※NUREG文献によると、小規模なもの（7インチ以下）はLOCAの要因はCRDMの損傷が支配的だとしている。CRDM等炉心部よりも上部で発生する小規模なLOCAは、ECCSによる緩和の可能性があるので、PRA上は「原子炉容器破損」ではなく、「中破断LOCA」または「小破断LOCA」に分類される。</p>	<p>米国、英国、独国の原子炉圧力容器と原子力発電所以外の圧力容器の使用実績から検討した原子炉圧力容器の破損頻度では、原子力発電所以外の圧力容器の破損頻度は10^{-5}/炉年以下、ASMEコードのセクションIIIで設計された原子炉圧力容器の破損頻度は10^{-6}/炉年以下、より工学的安全性の高い原子炉圧力容器の破損頻度はさらに小さいと結論付けている。これらの結果やレビューを踏まえ、WASH-1400では、ECCSの注水能力を越えた原子炉圧力容器の破損頻度を10^{-7}/炉年（エラーファクタ：10）と評価しており、格納容器からの放射性物質の放出の観点から、原子炉圧力容器破損を無視し得ると結論付けている。</p> <p>また、確率論的破壊力学を用いて試算した報告では、PWRプラントにおいて、注水温度による圧力容器壁での熱移動の観点等か、最もストレスの大きい過渡事象（大破断LOCAや蒸気発生器伝熱管破損）に対して、確率論的破壊力学を用いて圧力容器破損頻度を再評価しており、発生頻度として10^{-8}/炉年以下と結論付けている。</p> <p>【NUREG】</p> <p>○米国でのLOCA発生頻度に関する最新文献の一つであるNUREG-1829(2008)には、米国の複数ベンダーや炉型を幅広く調査した上で複数の専門家意見に基づき推定した、PWR全般に適用可能なLOCA発生頻度の推定値がまとめられている。</p> <p>○確率論的破壊力学（PFM）、破壊力学、PRAの専門家からの提供データと専門家意見を集約した結果、破断サイズが等価直径7インチ*から14インチの原子炉容器破損の発生頻度の中央値は約1.0×10^{-8}/年、上限値は1.0×10^{-7}/年より若干低いと推定している。また、破断サイズの増加とともに発生頻度は低下するとの工学的判断から、等価直径14インチよりも大きな原子炉容器破損の発生頻度については更に低い値を推定している。</p> <p>※NUREG文献によると、小規模なもの（7インチ以下）はLOCAの要因はCRDMの損傷が支配的だとしている。CRDM等炉心部よりも上部で発生する小規模なLOCAは、ECCSによる緩和の可能性があるので、PRA上は「原子炉容器破損」ではなく、「中破断LOCA」または「小破断LOCA」に分類される。</p>	<p>【大飯】</p> <p>■記載表現の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-2 PRAにおける原子炉容器破損の取扱いについて

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>2. 原子炉冷却材流量の部分喪失（再循環ポンプ1台トリップ等） 「原子炉冷却材流量の部分喪失」は、原子炉水位がレベル8に達せず、原子炉スクラムもせず、炉心損傷に至ることはない。ただし、原子炉を手動停止した場合は、「通常停止」の起因事象として分類する。</p> <p>3. 制御棒落下 制御棒と駆動軸との接続部は、十分に信頼性の高い構造となっており、必要な場合以外に分離することがない構造となっていることから制御棒が落下する可能性は非常に低い。 また、設置許可申請書の事故評価の中で、制御棒1本が、制御棒駆動機構から分離して炉心から落下し、急激な反応度添加と出力分布変化により燃料棒の数%程度の破損が想定されているが、炉心損傷防止の観点から影響が限定される。 なお、この事故によって燃料の破損に至った場合においても、周辺公衆への放射線被ばくのリスクは十分に小さい。</p> <p>4. 放射性気体廃棄物処理施設の破損 「放射性気体廃棄物処理施設の破損」については、外部への影響も小さく、また、直ちに原子炉への外乱に至ることはないため、炉心損傷防止の観点からその影響が限定される。</p> <p>5. 主蒸気管破断 「主蒸気管破断」については、主蒸気隔離弁閉鎖時は「隔離事象」に分類する。 主蒸気管破断後に主蒸気隔離弁閉鎖に失敗した場合には、格納容器をバイパスして原子炉棟内で蒸気管破断が継続するため、最終的には炉心冷却機能が喪失して炉心損傷に至る。ただし、主蒸気管破断と主蒸気隔離弁閉鎖失敗（格納容器内、外の弁の同時故障）が同時に発生する事象であり、発生頻度が極めて小さい値となることから、評価対象外としている。</p> <p>6. 燃料集合体の落下</p>		<p>【女川】 ■資料構成の相違 ・泊は「原子炉冷却材流量の部分喪失」は「過渡事象」に分類し評価対象としている（大飯についても泊と同様）</p> <p>【女川】 ■資料構成の相違 ・泊は「制御棒の異常な引き抜き」や「制御棒飛び出し」について「過渡事象」や「小破断LOCA」に分類し評価対象としている（大飯についても泊と同様）</p> <p>【女川】 ■資料構成の相違 ・泊は別添の本文 3.1.1.b.①(2)a.に除外理由として同等の内容を記載している</p> <p>【女川】 ■資料構成の相違 ・泊は「主蒸気管破断」は「2次冷却系の破断」に分類し評価対象としている（大飯についても泊と同様）</p> <p>【女川】</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-2 PRAにおける原子炉容器破損の取扱いについて

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>燃料交換機の燃料つかみ具は二重のワイヤや燃料集合体を確実につかんでいない場合には吊り上げができない等のインターロックを設け、その駆動源である圧縮空気が喪失した場合にも、燃料集合体が外れない設計としている等、燃料集合体の落下事象が発生する可能性は小さい。燃料集合体の落下が発生したとしても、直ちに原子炉への外乱に至ることはないため、炉心損傷防止の観点からその影響は限定される。</p> <p>なお、原子炉設置許可申請書の安全評価の中で、燃料集合体の破損が想定されているが、評価結果から、この事故によって燃料の破損に至った場合においても、周辺公衆への放射線被ばくのリスクは十分に小さい。</p> <p style="text-align: right;">以上</p>		<p>■資料構成の相違</p> <p>・泊は補足3.1.1.b-1に起因事象から除外している理由を記載している</p> <p>【女川】</p> <p>■記載表現の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

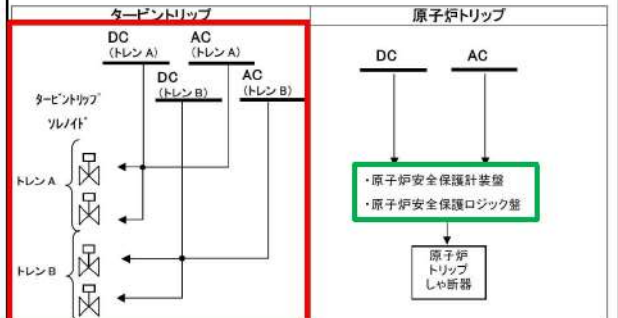
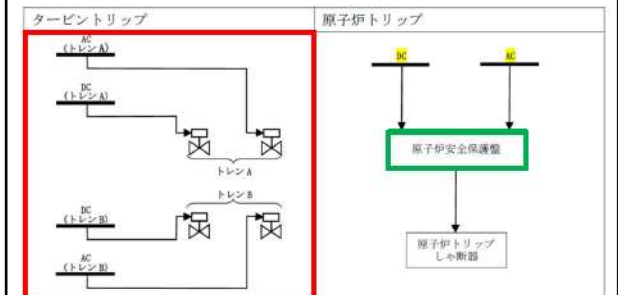
補足 3.1.1.b-3 泊3号炉の内部事象PRAで「DC母線1系列喪失時に補助給水機能が喪失する事故」がない理由について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足 29</p> <p style="text-align: center;">大飯3号炉及び4号炉の内部事象PRAで 「DC母線1系列喪失時に補助給水機能が喪失する事故」 がない理由について</p> <p>1. 起因事象の定義 PRAで取り扱う起因事象は日本原子力学会標準で「通常の運転状態を妨げる事象であって、炉心損傷及び/又は格納容器機能喪失へ波及する可能性のある事象。」と定義されている。</p> <p>レベル1 PRAでは炉心損傷へ波及する可能性を考慮することとなるため、原子炉トリップを伴うような炉心への外乱が発生する事象を起因事象として抽出している。</p> <p>2. DC母線1系列喪失時のタービントリップ・原子炉トリップへの影響 DC母線1系列喪失時に原子炉トリップに至る経路としては、タービントリップからの原子炉トリップと原子炉保護系設備の電源喪失に伴う原子炉トリップの2種類が想定されるが、大飯3号炉及び4号炉ではいずれもDC母線とAC母線の両方からの給電が可能な設備構成となっている。</p>		<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-3</p> <p style="text-align: center;">泊3号炉の内部事象PRAで 「DC母線1系列喪失時に補助給水機能が喪失する事故」 がない理由について</p> <p>1. 起因事象の定義 PRAで取り扱う起因事象は日本原子力学会標準「原子力発電所の出力運転状態を対象とした確率論的安全評価に関する実施基準（レベル1 PSA編）：2008」で「通常の運転状態を妨げる事象であって、炉心損傷及び/又は格納容器機能喪失へ波及する可能性のある事象。」と定義されている。</p> <p>レベル1 PRAでは炉心損傷へ波及する可能性を考慮することとなるため、原子炉トリップを伴うような炉心への外乱が発生する事象を起因事象として抽出している。</p> <p>2. DC母線1系列喪失時のタービントリップ・原子炉トリップへの影響 DC母線1系列喪失時に原子炉トリップに至る経路としては、タービントリップからの原子炉トリップと原子炉保護設備の電源喪失に伴う原子炉トリップの2種類が想定されるが、泊3号炉ではいずれもDC母線とAC母線の両方からの給電が可能な設備構成となっている。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川に該当する資料がないため大飯と比較する <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■名称の相違 ・申請プラント (以下、相違理由説明を省略) <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・泊は参照している日本原子力学会標準を明記している ・泊は参照した日本原子力学会標準を詳細に記載している <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設備名称の相違 ・原子炉保護系設備⇔原子炉保護設備

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

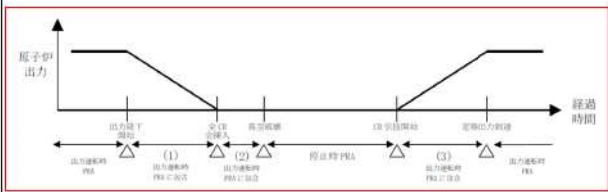
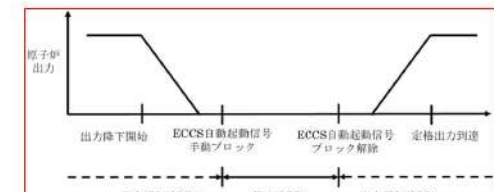
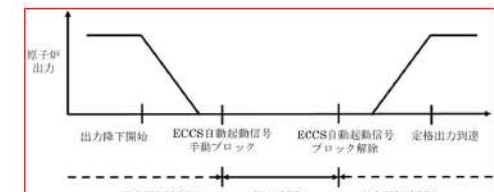
補足 3.1.1.b-3 泊3号炉の内部事象PRAで「DC母線1系列喪失時に補助給水機能が喪失する事故」がない理由について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>このためランダム故障によりDC母線1系列が喪失した場合でもAC電源からの給電によりタービントリップソレノイドや原子炉安全保護計装盤、原子炉安全保護ロジック盤の電源が喪失せず、原子炉トリップから炉心損傷に至るようなプラント変動は発生しないことから、大飯3号炉及び4号炉では「DC母線1系列喪失」が発生した場合でも原子炉トリップが発生することなく、レベル1PRAの起因事象として取り扱うことは不要と判断している。</p> <p>なお、これらの機能にかかるいずれかの給電がDC母線のみで構成されているプラントの場合には、DC母線1系列喪失時に原子炉トリップが発生するため、炉心損傷に至る可能性のある起因事象として選定することとなる。</p> <p><大飯3号炉及び4号炉の設備構成></p> 		<p>このためランダム故障によりDC母線1系列が喪失した場合でもAC電源からの給電によりタービントリップ用電磁弁や原子炉安全保護盤の電源が喪失せず、原子炉トリップから炉心損傷に至るようなプラント変動は発生しないことから、泊3号炉では「DC母線1系列喪失」が発生した場合でも原子炉トリップが発生することなく、レベル1PRAの起因事象として取り扱うことは不要と判断している。</p> <p>なお、これらの機能にかかるいずれかの給電がDC母線のみで構成されているプラントの場合には、DC母線1系列喪失時に原子炉トリップが発生するため、炉心損傷に至る可能性のある起因事象として選定することとなる。</p> <p><泊3号炉の設備構成></p> 	<p>相違理由</p> <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設備名称の相違 <ul style="list-style-type: none"> ・タービントリップソレノイド ⇨タービントリップ用電磁弁 ・原子炉安全保護計装盤、原子炉安全保護ロジック盤 ⇨原子炉安全保護盤 <p>(以下、相違理由説明を省略)</p> <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 <ul style="list-style-type: none"> ・タービントリップ用電磁弁の駆動源の相違

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

補足 3.1.1.b-4 運転時PRAにおいて通常停止を起因事象として取り扱わない考え方について

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>大阪発電所3/4号炉</p> <p>運転時PRAにおいて通常停止を起因事象として取り扱わない考え方について</p> <p>1. 出力運転状態を対象としたPRAの対象範囲</p> <p>出力運転状態を対象としたPRAの対象範囲は、日本原子力学会標準「原子力発電所の出力運転状態を対象とした確率論的安全評価に関する実施基準（レベル1PSA編）：2008」において、「CR引抜開始」から「真空破壊」までの範囲とされている。</p> <p>イメージ図を以下に示す。</p>  <p>上図に示すとおり、(1)～(3)の各期間は、次の理由により出力運転時PRAに含めて評価している。</p> <p>(1) 出力降下開始～全CR全挿入</p> <p>・使用可能な緩和設備は、出力の降下に伴って定格出力運転時から</p>	<p>女川原子力発電所2号炉</p> <p>別紙3.1.1.b-4</p> <p>運転時PRAにおいて通常停止を起因事象として取り扱<u>う</u>考え方について</p> <p>1. 出力運転状態を対象としたPRAの対象範囲</p> <p>出力運転状態を対象としたPRAの対象範囲は、日本原子力学会標準「原子力発電所の出力運転状態を対象とした確率論的安全評価に関する実施基準（レベル1PSA編）：2008」において、「ECCS自動起動信号ブロック解除」から「ECCS自動起動信号手動ブロック」までの範囲とされている。イメージ図を以下に示す。</p>  <p>上図のうち、「出力降下開始」から「ECCS自動起動信号手動ブロック」の期間と、「ECCS自動起動信号ブロック解除」から「定格出力到達」の期間については、下記の理由から出力運転時PRAに含めるのが適当と考えている。</p> <p>・「出力降下開始から ECCS自動起動信号手動ブロックまで」及び「ECCS自動起動信号のブロック解除から定格出力到達まで」の間は、</p>	<p>泊発電所3号炉</p> <p>補足3.1.1.b-4</p> <p>運転時PRAにおいて通常停止を起因事象として取り扱<u>わ</u>ない考え方について</p> <p>1. 出力運転状態を対象としたPRAの対象範囲</p> <p>出力運転状態を対象としたPRAの対象範囲は、日本原子力学会標準「原子力発電所の出力運転状態を対象とした確率論的安全評価に関する実施基準（レベル1PSA編）：2008」において、「ECCS自動起動信号手動ブロック解除」から「ECCS自動起動信号手動ブロック」までの範囲とされている。イメージ図を以下に示す。</p> 	<p>相違理由</p> <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【大阪】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・泊は内部事象出力時PRAでは計画外停止を対象とし、通常停止による影響は内部事象停止時PRAで評価している。（大阪に記載はないが、泊と同様の評価となっている） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・炉型の相違により対象とする期間が異なる（大阪に記載はないが、泊と同様の評価となっている）（以下、相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・学会標準におけるBWRとPWRの記載表現が異なることから相違している

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

補足 3.1.1.b-4 運転時PRAにおいて通常停止を起因事象として取り扱わない考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>変化する(給水系が使用不可となるなど緩和設備数が減少する)ものの、出力運転期間に比べて当該期間は極めて短い((1)の時間が数時間に対し、通常の運転期間は13ヶ月)ことを考慮すると、定格運転時と同等として扱うことに問題は無いと考える。なお、緩和設備のサポート系も出力運転時と同様の状態である。</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉圧力/出力が低下した状態では、燃料健全性を確保する上で原子炉をスクラムさせる必要がなく、プラント運用のため次のスクラム信号がバイパスされるが、これらのスクラム信号のバイパスはPRAの観点から有意なものではない。 原子炉圧力の低下に伴う「主蒸気隔離弁閉」によるスクラム 原子炉出力の低下に伴う「主蒸気止め弁閉」及び「タービン加減弁急速閉」によるスクラム <p>(2) 全CR全挿入～真空破壊</p> <ul style="list-style-type: none"> 使用可能な緩和設備は定格出力運転時から変化する(減少する)ものの、当該期間が短いことを考慮すると、この相違はPRAの観点で有意となるものではなく、定格出力運転時と同様として扱うことに問題は無いと考える。なお、緩和設備のサポート系も出力運転時と同等の状態である。 <p>(3) CR引抜開始～定格出力</p> <ul style="list-style-type: none"> 使用可能な緩和設備は定格出力運転時から変化する(減少する)ものの、本期間の崩壊熱が小さいこと、定期検査での点検によりランダム故障の確率が低減されていると考えられること、当該期間が極めて短いことを考慮すると、この相違はPRAの観点で有意となるものではなく、定格出力運転時と同様として扱うことに問題は無いと考える。なお、緩和設備のサポート系も出力運転時と同 	<p>定格運転時とほぼ同等の起因事象が考えられるとともに、緩和設備もほぼ同等の構成である。</p> <ul style="list-style-type: none"> 出力レベルの変化に伴い、原子炉冷却材温度や加圧器水位等の制御パラメータが変化するものの、事故時の事象進展の緩和の差とはなっても、起因事象の発生時に必要とされる緩和機能、使用可能な緩和設備、若しくは緩和設備の信頼性の観点からは大きな相違をもたらすものではない。したがって、当該期間については定格運転時と同様の状態であり、出力運転時として扱うことに問題は無いと考える。 原子炉出力が低下した状態では、燃料健全性を確保する上で原子炉をトリップさせる必要がないことから、プラント運用のために下記のトリップ信号がブロックされる。当該期間ではトリップ信号の状態が定格運転時と異なるものの、その差異はPRA評価結果に有意な影響を及ぼさないため、当該期間を出力運転時PRAに含めても問題は無いと考える。 原子炉出力若しくはタービン出力の低下に伴う、“1次冷却材流量低”、“タービントリップ”、“原子炉圧力低”、“加圧器水位高”、“1次冷却材ポンプ電源電圧低”、“1次冷却材ポンプ電源周波数低”による原子炉トリップ 	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

補足 3.1.1.b-4 運転時PRAにおいて通常停止を起因事象として取り扱わない考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>等の状態である。</p> <p>2. 通常停止を起因事象として取扱う考え方 今回実施した内部事象運転時レベル1PRAでは、起因事象（通常の運転状態を妨げる事象であって、炉心損傷及び格納容器損傷に波及する可能性のある事象）として「通常停止（計画停止及び軽微な故障による計画外停止）」を考慮している。</p> <p>上記の起因事象の定義を踏まえ、以下に示す考え方により通常停止を起因事象として考慮している。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・通常停止も過渡事象等と同様、炉心の冷却及び崩壊熱除去によって原子炉を冷温停止に移行させる必要があるため。 ・崩壊熱レベルが出力運転時と同等であり、動作を期待する緩和設備が機能しない場合に炉心損傷及び格納容器破損に波及する可能性は、その他の起因事象が発生した場合と同等と考えられるため。 ・通常停止は、発生頻度が年約1回以上と高いことから、結果として本事象を起因として炉心損傷及び格納容器破損に至る頻度が高く、評価上無視できないと考えられるため。 ・通常停止には計画外停止が考慮されていることから、過渡事象等の起因事象でなくとも、計画外停止の増加はリスクの増分として反映される。計画停止の観点では、通常の運転期間を変更した場合、定期検査までの期間が変化することの影響（過渡事象等の発生実績の傾向が増減する等）が現れる可能性が考えられる。これらのことから、通常停止（計画停止及び計画外停止）を起因事象として考慮することは、運転中のプラントのリスクを網羅的に考慮する上で適切と考えられる。 <p style="text-align: right;">以上</p>	<p>2. 通常停止を起因事象として取扱わない考え方 手動停止について、安全機能が影響を受ける故障等により原子炉を停止させる場合（ここでは計画外停止という）と、定期検査などの計画された手動停止（ここでは通常停止という）に分類することで、それぞれの安全機能における信頼度の相違を考慮することがある。</p> <p>今回実施する内部事象出力時PRAでは計画外停止を対象とし、通常停止による影響は内部事象停止時PRAで評価する。したがって、本評価において通常停止は起因事象に含めていない。</p>	<p>【女川】</p> <p>■評価方針の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> ・泊は通常停止の過程で発生しうる事象やその影響については内部事象停止時PRAの評価において考慮している。。 （大飯に記載はないが、泊と同様の評価となっている） <p>【女川】</p> <p>■記載表現の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-5 「起動操作」を起回事象に含めないことの方

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-5</p> <p style="text-align: center;"><u>「起動操作」を起回事象に含めないことの方</u></p> <p>今回実施した内部事象運転時レベル1 PRAでは、起回事象(通常の運転状態を妨げる事象であって、炉心損傷及び格納容器損傷に波及する可能性のある事象)として「通常停止(計画停止及び軽微な故障による計画外停止)」を考慮している。</p> <p>一方で、起動操作そのものは起回事象として考慮していない。これは、起動時のプラントの状態に関する以下の点を考慮し、起動時のリスクが小さく、運転時の評価に包絡されると考えたためである。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・起動時のプラントの状態は運転時とほぼ同じであること。 ・炉停止後の時間経過及び新燃料の装荷により崩壊熱レベルが低いこと。 <p>・起動前には安全系などが点検されているため、ランダム故障の確率が低減されていると考えられること。</p> <p>なお、起動操作の期間について、日本原子力学会の学会標準では、出力運転時のPRAの対象とする期間を制御棒の引き抜き開始から復水器真空破壊までとしており、この期間に生じたトラブル事象は全て起回事象として考慮されている。このため、プラント起動中に生じたトラブル事象も起回事象として考慮されている。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-5</p> <p style="text-align: center;"><u>「起動操作」を起回事象に含めないことの方</u></p> <p>今回実施した内部事象運転時レベル1 PRAでは、起回事象(通常の運転状態を妨げる事象であって、炉心損傷及び格納容器損傷に波及する可能性のある事象)として「手動停止(安全機能が影響を受ける故障等による計画外停止)」を考慮している。</p> <p>一方で、起動操作そのものは起回事象として考慮していない。これは、起動時のプラントの状態に関する以下の点を考慮し、起動時のリスクが小さく、運転時の評価に包絡されると考えたためである。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・起動時のプラントの状態は運転時とほぼ同じであること。 ・原子炉停止後の時間経過及び新燃料の装荷により崩壊熱レベルが低いこと。 <p>・起動前には安全系等が点検されているため、ランダム故障の確率が低減されていると考えられること。</p> <p>なお、起動操作の期間について、日本原子力学会の学会標準では、出力運転時のPRAの対象とする期間をECCS自動起動信号のブロック解除からECCS自動起動信号のブロックまでとしており、この期間に生じたトラブル事象は全て起回事象として考慮されている。このため、プラント起動中に生じたトラブル事象も起回事象として考慮されている。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇄補足 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・泊は通常停止による影響については内部事象停止時 PRAで評価している。(大飯に記載はないが、泊と同様の評価となっている) <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・泊は「原子炉」と表記(島根と同様) <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・炉型の相違により対象とする期間が異なる(大飯に記載はないが、泊と同様の評価と

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-5 「起動操作」を起回事象に含めないことの方

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	以上		なっている 【女川】 ■記載表現の相違

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-6 従属性を有する起回事象の抽出について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-3</p> <p style="text-align: center;"><u>従属性を有する起回事象の抽出について</u></p> <p>従属性を有する起回事象では、原則としてグループ化を行わない。このため、以下に示す各事象分類を単独で一つの起回事象グループとする。</p> <p>「原子炉補機冷却系故障」</p> <p>「交流電源故障」</p> <p>「直流電源故障」</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-6</p> <p style="text-align: center;">従属性を有する起回事象の抽出について</p> <p>従属性を有する起回事象では、原則としてグループ化を行わない。このため、以下に示す各事象分類を単独で一つの起回事象グループとする。</p> <p>「外部電源喪失」</p> <p>「原子炉補機冷却機能喪失」</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 ■付番の相違 ・資料番号の相違 【大飯】 ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違 ・外部電源喪失により従属的に緩和設備が使用不可となるため従属性を有する起回事象として抽出している <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・PWRの起回事象名（以下、相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違 ・「交流電源故障」について、泊は交流電源が片系列喪失した場合、保安規定逸脱によるプラントの手動停止に至ると想定し、手動停止の起回事象のグループで考慮している ・「直流電源故障」について、直流母線の1系列喪失は起回事

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-6 従属性を有する起回事象の抽出について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>「タービン・サポート系故障」</p> <p>表1に従属性を有する起回事象として抽出した上記の事象について、整理した結果を示す。なお、「タービン制御系故障」「圧縮空気系故障」については、同様な従属性を有しているため、「タービン・サポート系故障」として取り扱う。</p> <p>なお、サポート系故障のうち、原子炉補機冷却水系の常用負荷の故障により原子炉補機冷却水系の冷却水（保有水）が減少する場合は、原子炉補機冷却水系サージタンクの水位低を検知して、自動で緊急遮断弁が閉弁することにより、常用負荷が原子炉補機冷却水系から切り離される。</p> <p>このため、常用負荷が切り離された場合は、非常用設備に影響を与えることが無いが、プラントの通常運転に影響がある場合はプラントを停止することから、通常停止として考慮する。</p> <p>また、常用負荷の切り離しに失敗する場合は、従属性を有する起回事象（原子炉補機冷却系故障）として考慮する。</p>	<p>表に従属性を有する起回事象として抽出した上記の事象について、整理した結果を示す。</p> <p>なお、サポート系故障のうち、原子炉補機冷却水系の常用負荷の故障により原子炉補機冷却水系の冷却水（保有水）が減少する場合は、原子炉補機冷却水系サージタンクの水位低を検知して、自動で隔離弁が閉弁することにより、常用負荷が原子炉補機冷却水系から切り離される。</p> <p>このため、常用負荷が切り離された場合は、非常用設備に影響を与えることが無いが、プラントの通常運転に影響がある場合はプラントを停止することから、手動停止として考慮する。</p> <p>また、常用負荷の切り離しに失敗する場合は、従属性を有する起回事象（原子炉補機冷却機能喪失）として考慮する。</p>	<p>象から除外している</p> <p>・「タービン・サポート系故障」について、泊はタービン設備の故障等によりプラントの手動停止に至る事象は手動停止の起回事象のグループで考慮している（大飯に記載はないが泊と同様の評価となっている） （以下、相違理由説明を省略）</p> <p>【女川】 ■記載表現の相違</p> <p>【女川】 ■設備名称の相違 ・緊急遮断弁⇔隔離弁</p> <p>【女川】 ■評価方針の相違 ・泊は起回事象として計画外停止を考慮した「手動停止」を評価対象としている（対象としている起回事象は大飯と同様）</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
補足 3.1.1.b-6 従属性を有する起因果象の抽出について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所 3 / 4号炉	女川原子力発電所 2号炉	泊発電所 3号炉	相違理由																																																																					
<p>表 1 従属性を有する起因果象 (1/3)</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>起因果象</th> <th>原因</th> <th>従属性の有無</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉内温度の上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の急激な上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の急激な上昇</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>制御室での誤操作、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による閉鎖</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>X</td> </tr> </tbody> </table>	起因果象	原因	従属性の有無	原子炉冷却炉出口温度上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉内温度の上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の急激な上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の急激な上昇	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	制御室での誤操作、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による閉鎖	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	X	<p>表 1 従属性を有する起因果象</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>起因果象</th> <th>原因</th> <th>従属性の有無</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> </tbody> </table>	起因果象	原因	従属性の有無	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	<p>表 1 従属性を有する起因果象</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>起因果象</th> <th>原因</th> <th>従属性の有無</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖</td> <td>X</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇</td> <td>X</td> </tr> </tbody> </table>	起因果象	原因	従属性の有無	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	X	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X	<p>相違理由</p> <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> 個別評価による相違 <ul style="list-style-type: none"> 炉型の相違により想定する起因果象が相違している（以下、相違理由説明を省略） 記載方針の相違 <ul style="list-style-type: none"> 泊は別添で示した起因果象の選定結果を踏まえ PRA で考慮している起因果象に対して従属性の有無を整理した表としている（着色せず）（以下、相違理由説明を省略）
起因果象	原因	従属性の有無																																																																						
原子炉冷却炉出口温度上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉内温度の上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の急激な上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の急激な上昇	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	制御室での誤操作、原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による閉鎖	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	X																																																																						
起因果象	原因	従属性の有無																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						
起因果象	原因	従属性の有無																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障	原子炉冷却炉出口温度調節弁の設計上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の製造上の欠陥、原子炉冷却炉出口温度調節弁の保守上の欠陥	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖	X																																																																						
原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	原子炉冷却炉出口温度調節弁の故障による原子炉冷却炉出口温度の上昇による原子炉冷却炉出口温度調節弁の閉鎖による原子炉冷却炉出口温度の上昇	X																																																																						

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
補足 3.1.1.b-6 従属性を有する起因果象の抽出について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由														
	<p style="text-align: center;">表1 従属性を有する起因果象（2/3）</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <tr> <td style="width: 30%; vertical-align: top;"> <table border="1" style="width: 100%;"> <tr> <td>電源施設及び電源設備 発電機及び励磁機</td> <td>電源施設は、原子力発電所1号炉からの系統の電力供給が停止した場合、原子力発電所2号機が運転開始し、原子力発電所2号機が運転開始後、電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>タービン発電機</td> <td>タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>変圧機</td> <td>変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>送電線</td> <td>送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>変圧機</td> <td>変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>送電線</td> <td>送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> </table> </td> <td style="width: 70%; vertical-align: top;"> </td> </tr> </table>	<table border="1" style="width: 100%;"> <tr> <td>電源施設及び電源設備 発電機及び励磁機</td> <td>電源施設は、原子力発電所1号炉からの系統の電力供給が停止した場合、原子力発電所2号機が運転開始し、原子力発電所2号機が運転開始後、電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>タービン発電機</td> <td>タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>変圧機</td> <td>変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>送電線</td> <td>送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>変圧機</td> <td>変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>送電線</td> <td>送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> </table>	電源施設及び電源設備 発電機及び励磁機	電源施設は、原子力発電所1号炉からの系統の電力供給が停止した場合、原子力発電所2号機が運転開始し、原子力発電所2号機が運転開始後、電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。	タービン発電機	タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。	変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。	送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。	変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。	送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。			
<table border="1" style="width: 100%;"> <tr> <td>電源施設及び電源設備 発電機及び励磁機</td> <td>電源施設は、原子力発電所1号炉からの系統の電力供給が停止した場合、原子力発電所2号機が運転開始し、原子力発電所2号機が運転開始後、電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>タービン発電機</td> <td>タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>変圧機</td> <td>変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>送電線</td> <td>送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>変圧機</td> <td>変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>送電線</td> <td>送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> </table>	電源施設及び電源設備 発電機及び励磁機	電源施設は、原子力発電所1号炉からの系統の電力供給が停止した場合、原子力発電所2号機が運転開始し、原子力発電所2号機が運転開始後、電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。	タービン発電機	タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。	変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。	送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。	変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。	送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。					
電源施設及び電源設備 発電機及び励磁機	電源施設は、原子力発電所1号炉からの系統の電力供給が停止した場合、原子力発電所2号機が運転開始し、原子力発電所2号機が運転開始後、電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。電源施設は、原子力発電所2号機からの電力供給を受ける。																
タービン発電機	タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。																
変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。																
送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。																
変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。																
送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。																
	<table border="1" style="width: 100%;"> <tr> <td>タービン発電機</td> <td>タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>変圧機</td> <td>変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>送電線</td> <td>送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>変圧機</td> <td>変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> <tr> <td>送電線</td> <td>送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。</td> </tr> </table>	タービン発電機	タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。	変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。	送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。	変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。	送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。						
タービン発電機	タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。タービン発電機は、電源施設からの電力供給を受ける。																
変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。																
送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。																
変圧機	変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。変圧機は、電源施設からの電力供給を受ける。																
送電線	送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。送電線は、電源施設からの電力供給を受ける。																

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-7 「主蒸気隔離弁の閉止」を過渡事象に分類する考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由								
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-6</p> <p>「主蒸気隔離弁の部分閉鎖」を隔離事象に分類する考え方について</p> <p>主蒸気隔離弁（以下「MSIV」という。）の閉鎖について、出典としたEPRI文献の定義、「MSIVの部分閉鎖」を隔離事象に分類していることの根拠、「MSIVの部分閉鎖」が「MSIVの1弁閉鎖」と起因事象が異なる理由を以下に示す。</p> <p>EPRIの報告書^[1]（NP-2230）には様々な過渡事象を示されており、MSIVの1弁閉鎖、部分閉鎖は下表のように定義されている。</p> <table border="1" data-bbox="698 1268 1265 1420"> <caption>表1 EPRI 報告書（NP-2230）での定義</caption> <tr> <td>6. MSIVの1弁閉鎖</td> <td>運転員の過誤又は設備故障により、MSIVの1つだけが閉鎖する過渡事象、残りのMSIVは開状態である。</td> </tr> <tr> <td>7. MSIVの部分閉鎖</td> <td>運転員の過誤又は機器故障により、1つないし、それ以上のMSIVが部分閉する過渡事象である。</td> </tr> </table>	6. MSIVの1弁閉鎖	運転員の過誤又は設備故障により、MSIVの1つだけが閉鎖する過渡事象、残りのMSIVは開状態である。	7. MSIVの部分閉鎖	運転員の過誤又は機器故障により、1つないし、それ以上のMSIVが部分閉する過渡事象である。	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-7</p> <p>「主蒸気隔離弁の閉止」を過渡事象に分類する考え方について</p> <p>主蒸気隔離弁（以下「MSIV」という。）の閉止について、出典としたEPRI文献の定義、「MSIVの閉止」を過渡事象に分類する根拠を以下に示す。</p> <p>EPRIの報告書^[1]（NP-2230）には様々な過渡事象を示されており、MSIVの閉止（1ループ）、MSIVの閉止（全ループ）は下表のように定義されている。</p> <table border="1" data-bbox="1303 1268 1892 1388"> <caption>表 EPRI 報告書（NP-2230）での定義</caption> <tr> <td>17. MSIVの閉止（1ループ）</td> <td>1弁ないし、それ以上のMSIVが部分閉する過渡事象、残りのMSIVは開状態である。</td> </tr> <tr> <td>18. MSIVの閉止（全ループ）</td> <td>いずれのMSIVも閉止する過渡事象である。</td> </tr> </table>	17. MSIVの閉止（1ループ）	1弁ないし、それ以上のMSIVが部分閉する過渡事象、残りのMSIVは開状態である。	18. MSIVの閉止（全ループ）	いずれのMSIVも閉止する過渡事象である。	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇄補足 ■付番の相違 ・資料番号の相違 【大飯】 ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・炉型の相違に伴い参照しているEPRIの報告書（NP-2230）に記載されている表現の相違 ・炉型の相違に伴う起因事象の相違であり、過渡事象に分類されている点は相違ない。（大飯に記載はないが、泊と同様である）（以下、上記2点の相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・炉型の相違に伴う記載の相違であり、PRAで考慮している起因事象に分類したという点に相違はない
6. MSIVの1弁閉鎖	運転員の過誤又は設備故障により、MSIVの1つだけが閉鎖する過渡事象、残りのMSIVは開状態である。										
7. MSIVの部分閉鎖	運転員の過誤又は機器故障により、1つないし、それ以上のMSIVが部分閉する過渡事象である。										
17. MSIVの閉止（1ループ）	1弁ないし、それ以上のMSIVが部分閉する過渡事象、残りのMSIVは開状態である。										
18. MSIVの閉止（全ループ）	いずれのMSIVも閉止する過渡事象である。										

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-7 「主蒸気隔離弁の閉止」を過渡事象に分類する考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>MSIVの1弁閉鎖はEPRIの定義より、1弁は閉鎖しているものの残りの弁は問題なく開いている状態であり、復水器による除熱が可能であるため、非隔離事象に分類している。</p> <p>一方、MSIVの部分閉鎖はEPRIの定義にもあるように1弁若しくはそれ以上の弁が部分閉鎖しているものであり、閉鎖の程度によっては復水器による除熱ができなくなると想定し、保守的に隔離事象と分類している。</p> <p>なお、MSIVの部分閉鎖の事象は国内では発生しておらず、この分類が起因事象発生頻度に与える影響はない。</p> <p style="text-align: right;">以上</p> <p>参考文献 [1] SCIENCE APPLICATIONS, INC. et al. “ATWS: A Reappraisal Part 3: Frequency of Anticipated Transients,” NP-2230, 1982</p>	<p>これらの事象は、MSIVが閉止するループ数に関わらず蒸気発生器を使用した除熱が可能であることから、過渡事象と同じ事象進展となる。いずれの事象においても蒸気発生器を使用した除熱に失敗した場合には、「過渡事象+補助給水失敗」と同じ分類が可能であり、これは「2次冷却系からの除熱機能喪失」の事故シーケンスグループに該当し、対策としてはフィードアンドブリードである。したがって、本評価ではいずれも過渡事象として考慮している。</p> <p>参考文献 [1] SCIENCE APPLICATIONS, INC. et al. “ATWS: A Reappraisal Part 3: Frequency of Anticipated Transients,” NP-2230, 1982</p>	<p>【女川】 ■設計の相違 ・炉型の相違に伴う記載の相違であり、PRAで考慮している起因事象に分類したという点に相違はない（大飯に記載はないが、過渡事象として考慮している点は泊と同様である）</p> <p>【女川】 ■記載表現の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシスグループ及び重要事故シナシス等の選定について
 補足 3.1.1.b-8 起因事象の発生頻度におけるEFの設定の妥当性について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-7</p> <p style="text-align: center;"><u>起因事象の発生頻度におけるEFの認定の妥当性について</u></p> <p>1. EFの設定について</p> <p>日本原子力学会標準「原子力発電所の出力運転状態を対象とした確率論的安全評価に関する実施基準（レベル1 PSA編）：2008」（以下「レベル1学会標準」という。）の5.3.1 a) では、「・・・起因事象の発生頻度を評価し、10.3.3に示す方法や工学的判断により不確実さを設定する」とされている。</p> <p>本評価ではレベル1学会標準に基づき、先行PRAであるNUREG/CR-4550(Analysis of Core Damage Frequency From Internal Events: Methodology Guidelines)の起因事象発生頻度のエラーファクタ（以下「EF」という。）の設定（表1参照）をもとに、工学的判断によりエラーファクタを3としている。</p> <p>なお、LOCAについては参照した文献値に基づいた不確実さ幅から、ISLOCAについてはシステム解析の結果から起因事象発生頻度のEFを設定している。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-8</p> <p style="text-align: center;">起因事象の発生頻度における EF の設定の妥当性について</p> <p>1. EFの設定について</p> <p>機器故障が要因となり起因事象が発生する場合も考えられるため、機器故障の発生件数とEFの関係は、起因事象の発生件数とEFと同様であると仮定して、各起因事象発生頻度のEFを設定する。具体的には、「原子力学会標準 原子力発電所の確率論的安全評価用のパラメータ推定に関する実施基準：2010」の表L.5-1及び表L.5-2に掲載されている、古典統計（最尤法）による機器故障率の推定結果において、故障の観測件数が0件の場合13.0、1件の場合9.6、2件の場合4.2（以下件数の増大とともに漸減）と評価されており、この評価結果を参考に起因事象のEFを設定する。ただし、インターフェイスシステム LOCA については以下の考えから、不確実さ幅としてEFを30に設定している。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・インターフェイスシステム LOCA は、不確実さ幅が付与された故障率データから起因事象発生頻度を算出しているため、不確実さが大きいと考えられる。 ・「原子力学会標準 原子力発電所の確率論的安全評価用のパラメータ推定に関する実施基準：2010」のL.4.1節では、不確実さが大きいと考えられる故障率データに対して工学的判断に基づきEFを30と仮定している。 ・対数正規分布を用いてEFを30に設定する場合、95点値と5%点値には900倍の開きがあり、不確実さ幅は十分に大きい。 <p>起因事象毎のEFは表の通りである。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇄補足 ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・起因事象発生頻度のEFの設定が異なるが、学会標準を参照して設定している点に相違はない（大飯に記載はないが、泊と同様の評価となっている）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-8 起回事象の発生頻度におけるEFの設定の妥当性について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>2. 起回事象発生頻度のEFに対する感度分析</p> <p>起回事象発生頻度の不確実さによる全炉心損傷頻度の不確実さへの影響を確認するため、EFを変更した場合の感度分析を以下のとおり行った。</p> <p>(1) EFの設定</p> <p>国内BWRにおける発生経験の有無により、起回事象を以下のように分類し、感度分析ケースでは、これらに対して表2に示すとおりに起回事象発生頻度のEFを変更した。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・国内BWRで発生経験がある起回事象 ・国内BWRで発生経験がなく、発生件数を0.5件とした起回事象 (S/R弁誤解放、原子炉補機冷却系故障、交流電源故障、直流電源故障、タービン・サポート系故障) <p>(2) 感度分析結果</p> <p>全炉心損傷頻度における平均値、EFのベースケースに対する増分の比較を表3に示す。また、全炉心損傷頻度に対する不確実さの比較を図1に示す。</p> <p>感度分析ケース1では、平均値について、ベースケースとの差は見られない結果となった。これは、本評価においては、全炉心損傷頻度に対して、発生経験のない起回事象の寄与割合が低く、全炉心損傷頻度に対する影響が小さいためである。</p> <p>感度分析ケース2では、起回事象全体に対してEFを大きく設定したことにより、感度分析ケース1に比べて平均値、EFともに大きくなり、不確実さが大きくなる結果となった。しかしながら、平均値の増分は□%程度であり、影響は小さいと考えられる。</p> <p style="text-align: right;">以上</p> <div style="border: 1px solid black; padding: 2px; width: fit-content; margin-left: auto;"> <p>枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p> </div>		<p>【女川】</p> <p>■記載方針の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> ・女川はベースケースで一定のEFを設定しているが、泊はベースケースの段階で起回事象ごとに発生実績に応じてEFを設定している（大飯についても泊と同様）

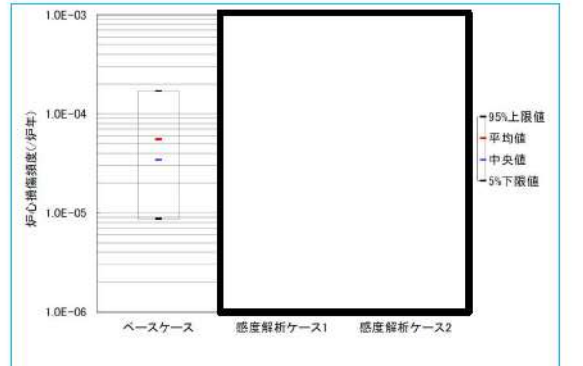
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-8 起因事象の発生頻度におけるEFの設定の妥当性について

大飯発電所3／4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由															
	<p style="text-align: center;">表 1 NUREG/CR-4550 (抜粋*)</p> <p style="text-align: center;">Table VIII.1-3 Generic Initiating Event Data</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="text-align: left;">ITEM</th> <th style="text-align: left;">PROTECTIVE LIFE SYSTEMS</th> <th style="text-align: left;">GENERIC INITIATING EVENT (GIE)</th> <th style="text-align: left;">EFFECT FACTOR</th> <th style="text-align: left;">COMMENT</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>A. Transition caused by loss of an SRV</td> <td>SRV is 0.07yr</td> <td>SRV is 0.07yr</td> <td>3</td> <td>In the Power Study (NRC-0001) [D] value of the SRV was 0.07 yr. However, the value of the SRV used for the analysis of the SRV staff RCI that the NUREG-2068 value may be reduced by a factor of ten because of consideration of an event that occurred during the SRV test. The analysis took into account improved test and maintenance practices, operator recovery action (only 17% were initially required), and the fact that the SRV test was not planned until after the SRV-005. Because this position cannot be equally justified, however, the NUREG-2068 value was used. The value of 3 may be conservative based on the most recent review, it represents a "reasonable" value to justify the range of values used by various participants in the workshop. The values of 1.5 to 10.0 yr (e.g., see Reference 7, 12, 28 and 34 for other studies) that were reviewed.</td> </tr> <tr> <td>B. Transition caused by loss of an MSB</td> <td>MSB is 0.02</td> <td>MSB is 0.02</td> <td>3</td> <td>EPRI used the house RM Probabilistic Risk Assessment (PRA) [15] value. However, the applicability of this initiator is very plant specific. Participant plant analyses have not been reviewed. The values of 1, 10, 20 and 25 for other studies that were reviewed.</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center;">※: NUREG/CR-4550 では、取扱っている全ての起因事象のEFを“3”としている。</p>	ITEM	PROTECTIVE LIFE SYSTEMS	GENERIC INITIATING EVENT (GIE)	EFFECT FACTOR	COMMENT	A. Transition caused by loss of an SRV	SRV is 0.07yr	SRV is 0.07yr	3	In the Power Study (NRC-0001) [D] value of the SRV was 0.07 yr. However, the value of the SRV used for the analysis of the SRV staff RCI that the NUREG-2068 value may be reduced by a factor of ten because of consideration of an event that occurred during the SRV test. The analysis took into account improved test and maintenance practices, operator recovery action (only 17% were initially required), and the fact that the SRV test was not planned until after the SRV-005. Because this position cannot be equally justified, however, the NUREG-2068 value was used. The value of 3 may be conservative based on the most recent review, it represents a "reasonable" value to justify the range of values used by various participants in the workshop. The values of 1.5 to 10.0 yr (e.g., see Reference 7, 12, 28 and 34 for other studies) that were reviewed.	B. Transition caused by loss of an MSB	MSB is 0.02	MSB is 0.02	3	EPRI used the house RM Probabilistic Risk Assessment (PRA) [15] value. However, the applicability of this initiator is very plant specific. Participant plant analyses have not been reviewed. The values of 1, 10, 20 and 25 for other studies that were reviewed.		<p>【女川】</p> <p>■記載内容の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> ・参照する文献の相違。泊は学会標準を参照して設定している。また、参照した内容は本文中に記載している。
ITEM	PROTECTIVE LIFE SYSTEMS	GENERIC INITIATING EVENT (GIE)	EFFECT FACTOR	COMMENT														
A. Transition caused by loss of an SRV	SRV is 0.07yr	SRV is 0.07yr	3	In the Power Study (NRC-0001) [D] value of the SRV was 0.07 yr. However, the value of the SRV used for the analysis of the SRV staff RCI that the NUREG-2068 value may be reduced by a factor of ten because of consideration of an event that occurred during the SRV test. The analysis took into account improved test and maintenance practices, operator recovery action (only 17% were initially required), and the fact that the SRV test was not planned until after the SRV-005. Because this position cannot be equally justified, however, the NUREG-2068 value was used. The value of 3 may be conservative based on the most recent review, it represents a "reasonable" value to justify the range of values used by various participants in the workshop. The values of 1.5 to 10.0 yr (e.g., see Reference 7, 12, 28 and 34 for other studies) that were reviewed.														
B. Transition caused by loss of an MSB	MSB is 0.02	MSB is 0.02	3	EPRI used the house RM Probabilistic Risk Assessment (PRA) [15] value. However, the applicability of this initiator is very plant specific. Participant plant analyses have not been reviewed. The values of 1, 10, 20 and 25 for other studies that were reviewed.														

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-8 起因事象の発生頻度におけるEFの設定の妥当性について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																														
	<p style="text-align: center;">表2 起因事象発生頻度におけるEFの設定</p> <table border="1" data-bbox="705 247 1285 450"> <thead> <tr> <th colspan="2"></th> <th>ベース ケース</th> <th>感度解析 ケース1</th> <th>感度解析 ケース2</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">EF</td> <td>国内 BWR で発生経験がある起因事象</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>10</td> </tr> <tr> <td>国内 BWR で発生経験がない起因事象</td> <td>3</td> <td>10</td> <td>10</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center;">表3 全炉心損傷頻度における平均値、EFのベースケースに対する増分</p> <table border="1" data-bbox="705 662 1285 906"> <thead> <tr> <th></th> <th>ベース ケース</th> <th>感度解析 ケース1 (ケース1/ ベースケース)</th> <th>感度解析 ケース2 (ケース2/ ベースケース)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>炉心損傷頻度 (平均値)</td> <td>5.5E-05</td> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td>EF</td> <td>4.4</td> <td></td> <td></td> </tr> </tbody> </table>  <p style="text-align: center;">図1 全炉心損傷頻度に対する不確かさの比較</p> <p style="text-align: center;">枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p>			ベース ケース	感度解析 ケース1	感度解析 ケース2	EF	国内 BWR で発生経験がある起因事象	3	3	10	国内 BWR で発生経験がない起因事象	3	10	10		ベース ケース	感度解析 ケース1 (ケース1/ ベースケース)	感度解析 ケース2 (ケース2/ ベースケース)	炉心損傷頻度 (平均値)	5.5E-05			EF	4.4			<p style="text-align: center;">表 起因事象毎のEF</p> <table border="1" data-bbox="1310 207 1899 558"> <thead> <tr> <th>起因事象</th> <th>発件数</th> <th>EF</th> <th>備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>大破断LOCA</td> <td>0</td> <td>13</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>中破断LOCA</td> <td>0</td> <td>13</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>小破断LOCA</td> <td>0</td> <td>13</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>インターフェイスシステムLOCA</td> <td>—</td> <td>30</td> <td>故障率データによる算出のためEFを30に設定</td> </tr> <tr> <td>主給水喪失</td> <td>5</td> <td>3</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>外部電源喪失</td> <td>3</td> <td>4</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ATWS</td> <td>8件以上*</td> <td>2*</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>2次冷却系の破断</td> <td>0</td> <td>13</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器伝熱管破損</td> <td>1</td> <td>10</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>過渡事象</td> <td>8件以上</td> <td>2</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>補機冷却水の喪失</td> <td>0</td> <td>13</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>手動停止</td> <td>8件以上</td> <td>2</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table> <p>※ ATの発件数、EF</p>	起因事象	発件数	EF	備考	大破断LOCA	0	13	—	中破断LOCA	0	13	—	小破断LOCA	0	13	—	インターフェイスシステムLOCA	—	30	故障率データによる算出のためEFを30に設定	主給水喪失	5	3	—	外部電源喪失	3	4	—	ATWS	8件以上*	2*	—	2次冷却系の破断	0	13	—	蒸気発生器伝熱管破損	1	10	—	過渡事象	8件以上	2	—	補機冷却水の喪失	0	13	—	手動停止	8件以上	2	—	<p>【女川】</p> <p>■評価方針の相違</p> <p>・起因事象及びその発生頻度のEFの設定の相違（大飯に記載はないが、泊と同様の評価となっている）</p> <p>【女川】</p> <p>■記載方針の相違</p> <p>・女川はベースケースでは一定のEFを設定しているが、泊はベースケースの段階で起因事象ごとに発生実績に応じてEFを設定している（大飯についても泊と同様）</p>
		ベース ケース	感度解析 ケース1	感度解析 ケース2																																																																													
EF	国内 BWR で発生経験がある起因事象	3	3	10																																																																													
	国内 BWR で発生経験がない起因事象	3	10	10																																																																													
	ベース ケース	感度解析 ケース1 (ケース1/ ベースケース)	感度解析 ケース2 (ケース2/ ベースケース)																																																																														
炉心損傷頻度 (平均値)	5.5E-05																																																																																
EF	4.4																																																																																
起因事象	発件数	EF	備考																																																																														
大破断LOCA	0	13	—																																																																														
中破断LOCA	0	13	—																																																																														
小破断LOCA	0	13	—																																																																														
インターフェイスシステムLOCA	—	30	故障率データによる算出のためEFを30に設定																																																																														
主給水喪失	5	3	—																																																																														
外部電源喪失	3	4	—																																																																														
ATWS	8件以上*	2*	—																																																																														
2次冷却系の破断	0	13	—																																																																														
蒸気発生器伝熱管破損	1	10	—																																																																														
過渡事象	8件以上	2	—																																																																														
補機冷却水の喪失	0	13	—																																																																														
手動停止	8件以上	2	—																																																																														

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-9 起回事象発生頻度の評価の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足 1 4</p> <p style="text-align: center;"><u>起回事象発生頻度の評価の考え方について</u></p> <p>起回事象の発生頻度評価にあたっての基本的な考え方について、その内容をフロー図に整理し、第1図に示す。出力運転時及び停止時のいずれにおいても、共通の考え方で起回事象発生頻度の算出方法を選定している。なお、起回事象発生頻度の算出方法を選定する理由は、意図的に起回事象発生頻度を下げようとするものではなく、詳細に評価が可能と考えられるものは適切に評価を行い、評価の精度を向上させるためである。</p> <p>○起回事象発生頻度の算出方法について 起回事象発生頻度については、学会標準を参考に</p>	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-8</p> <p style="text-align: center;"><u>起回事象発生頻度の評価の考え方</u>の優先順位について</p> <p>1. 起回事象のグループ化 選定した起回事象について事象進展が酷似しており、同一の緩和機能が必要とされる起回事象をグループ化する。 起回事象発生頻度はグループ化した起回事象毎に発生件数をまとめて、発生頻度を評価している。 起回事象発生頻度評価の考え方は以下のとおりである。</p> <p>2. 起回事象発生頻度評価</p> <p>起回事象発生頻度は以下の考え方に基づいて評価している。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-9</p> <p style="text-align: center;">起回事象発生頻度の評価の考え方について</p> <p>1. 起回事象のグループ化 選定した起回事象について事象進展が酷似しており、同一の緩和機能が必要とされる起回事象をグループ化する。 起回事象発生頻度はグループ化した起回事象毎に発生件数をまとめて、発生頻度を評価している。 起回事象発生頻度評価の考え方は以下のとおりである。</p> <p>2. 起回事象発生頻度評価</p> <p>起回事象の発生頻度評価にあたっての基本的な考え方について、その内容をフロー図に整理し、図に示す。出力運転時及び停止時のいずれにおいても、共通の考え方で起回事象発生頻度の算出方法を選定している。なお、起回事象発生頻度の算出方法を選定する理由は、意図的に起回事象発生頻度を下げようとするものではなく、詳細に評価が可能と考えられるものは適切に評価を行い、評価の精度を向上させるためである。</p> <p>○起回事象発生頻度の算出方法について 起回事象発生頻度については、日本原子力学会の学会標準を参考に</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【女川】【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違（大飯と同様） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・プラントの運転経験やシステム信頼性解析等により推定している点は同様だが、詳細な起回事象発生頻度の評価手法が異なるため、以降は大飯と比較する。（着色せず） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-9 起回事象発生頻度の評価の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>①プラントの運転経験から推定</p> <p>②フォールトツリーによるシステム信頼性解析や、利用可能な知見から推定</p> <p>のいずれかの方法で算出しており、その選定の考え方については以下の通りである。</p> <p>(1) プラントの運転経験から直接推定可能か プラントの運転経験から直接的に推定できる場合には、起回事象の発生件数と運転期間を用いて発生頻度を評価する。(a) プラント運転経験から直接推定できない事象とは、国内外で発生経験のない事象として広く専門家に認識されている稀有な起回事象を対象とし、それらについてはフォールトツリーを用いた信頼性解析や、利用可能な知見を用いて評価を行う。(c)</p> <p>(2) 出力運転時と同じ条件で起回事象が発生するか 国内の原子炉補機冷却系及び外部電源は出力時と停止時で運用に大きな相違はなく、「原子炉補機冷却機能喪失」、「外部電源喪失」は出力運転時も停止時も同様に発生する可能性があるため、出力運転中だけでなく運転停止中の期間も含めた運転期間を用いて評価する。(b)</p> <p>(3) 実績からの推定は妥当か</p>	<p>①国内BWRの運転経験において発生が報告されている事象については、発生件数を国内BWRの運転期間（発電時間）等で除して発生頻度を求める。 【対象事象及び評価方法】 過渡事象、通常停止 発生件数／運転期間^{*1}（発電時間） 外部電源喪失 発生件数／運転期間^{*1}（暦年）</p> <p>②国内BWRの運転経験において発生が報告されていない事象であっても、システム信頼性解析を活用可能な事象、又は発生頻度評価に活用可能な文献等を参照可能な事象については、それらを用いて発生頻度を求める。 【対象事象及び評価方法】 LOCA NUREG-1829及びNUREG/CR-5750のデータに基づき算出 ISLOCA NUREG/CR-5124などの検討例から隔離弁の故障等による低圧設定配管等が破損する頻度として評価</p>	<p>①プラントの運転経験から推定</p> <p>②フォールトツリーによるシステム信頼性解析や、利用可能な知見から推定</p> <p>のいずれかの方法で算出しており、その選定の考え方については以下の通りである。</p> <p>(1) プラントの運転経験から直接推定可能か プラントの運転経験から直接的に推定できる場合には、起回事象の発生件数と運転期間を用いて発生頻度を評価する。(a) プラント運転経験から直接推定できない事象とは、国内外で発生経験のない事象として広く専門家に認識されている稀有な起回事象を対象とし、それらについてはフォールトツリーを用いた信頼性解析や、利用可能な知見を用いて評価を行う。(c)</p> <p>(2) 出力運転時／停止時と同じ条件で起回事象が発生するか 国内の原子炉補機冷却系及び外部電源は出力時と停止時で運用に大きな相違はなく、「原子炉補機冷却機能喪失」、「外部電源喪失」は出力運転時も停止時も同様に発生する可能性があるため、出力運転中だけでなく運転停止中の期間も含めた運転期間を用いて評価する。(b)</p> <p>(3) 実績からの推定は妥当か</p>	<p>・泊は日本原子力学会の学会標準であることが分かるような記載としている</p> <p>【大飯】 ■記載表現の相違 ・泊は(2)の説明と整合させより適切な表現としている</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-9 起回事象発生頻度の評価の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>プラント運転経験から直接的に推定できるが、緩和設備の失敗との組み合わせを起回事象として取り扱っている等、経験的な相場よりも過大な発生率の値となる場合は、フォールトツリーを用いた信頼性解析により評価を行う。(d)</p> <p>○プラントの運転経験から算出する場合の運転期間の考え方について</p> <ul style="list-style-type: none"> 国内で発生実績のある起回事象は、国内のPWRプラント運転実績を適用する。 国内及び米国ともに発生実績のない発生件数0件の起回事象は、国内と米国の運転実績(評価時間)を適用する。なお、その発生件数は0.5件として評価した。 <p>○起回事象発生頻度の算出方法の精緻化について</p>	<p>③国内BWRの運転経験において発生が報告されておらず、システム信頼性解析を活用不能な事象、又は発生頻度評価に活用可能な文系等が確認できない事象については、国内BWRでの発生件数を0.5件とし、国内BWRの運転期間(発電時間)で除して発生頻度を求める。</p> <p>【対象事象及び評価方法】</p> <p>S/R弁誤開放 0.5/運転期間*1 (発電時間) サポート系喪失*2 0.5/運転期間*3 (発電時間)</p> <p>※1 発電時間：488.1年、暦年：706.1年 ※2 サポート系喪失とは、原子炉補機冷却系故障、交流電源故障、直流電源故障、タービン・サポート系故障の4つのことを指す。 ※3 系統数又は母線数を考慮する。 原子炉補機冷却系、タービン・サポート系：693.6年 交流電源：3366.2年 直流電源：1763.3年</p> <p>以上</p>	<p>プラント運転経験から直接的に推定できるが、緩和設備の失敗との組み合わせを起回事象として取り扱っている等、経験的な相場よりも過大な発生率の値となる場合は、フォールトツリーを用いた信頼性解析により評価を行う。(d)</p> <p>○プラントの運転経験から算出する場合の運転期間の考え方について</p> <ul style="list-style-type: none"> 国内で発生実績のある起回事象は、国内のPWRプラント運転実績を適用する。 国内及び米国ともに発生実績のない発生件数0件の起回事象は、国内と米国の運転実績(評価時間)を適用する。なお、その発生件数は0.5件として評価した。 <p>○起回事象発生頻度の算出方法の精緻化について</p>	<p>相違理由</p> <p>【大飯】 ■記載方針の相違 ・記載充実のため、泊は運転実績の評価対象外の理由を記載している（大飯に記載はないが、泊と同様である）</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.b-9 起回事象発生頻度の評価の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>今回の評価において、プラントの運転経験から直接推定している起回事象は</p> <ul style="list-style-type: none"> ・小破断LOCA ・2次冷却系の破断 ・主給水流量喪失 ・蒸気発生器伝熱管破損 ・過渡事象 ・手動停止 ・原子炉補機冷却機能喪失 ・外部電源喪失 ・原子炉冷却材圧力バウンダリ機能喪失 ・余熱除去機能喪失 <p>であり、そのうち国内及び米国で発生実績のない0件事象は</p> <ul style="list-style-type: none"> ・小破断LOCA ・2次冷却系の破断 ・原子炉補機冷却機能喪失 ・原子炉冷却材圧力バウンダリ機能喪失 <p>である。</p> <p>これらについては、今回の評価においては0.5件の発生を仮定して、米国の運転実績も含めた評価を実施しているが、国内機器故障率を用いたフォールトツリー解析により起回事象発生頻度を評価することで、米国の運転期間を考慮せず、国内のデータのみで統一的に評価することも可能であると考えられる。</p> <p>従って、国内機器故障率を用いたフォールトツリー解析による評価可能性について以下に検討した。</p> <p>①小破断LOCA、原子炉冷却材圧力バウンダリ機能喪失</p> <p>LOCAの発生箇所としては、ポンプや弁などの動的機器のほか、配管などの静的機器からの漏れも考えられる。このような静的機器の故障率パラメータは一般に不確かさが大きく、漏れいの規模など詳細に分類して故障率を整備することも難しいことから、静的機器の故障を原因とする起回事象の場合には不確かさが大きい。また、原子炉冷却材圧力バウンダリ機能喪失は、誤った操作により事象を引き起こしてしまうような人的過誤が支配的要因と考えられるが、このような人的過誤の可能性を定量的に評価する場合においても、不確かさが大きい。</p>		<p>今回の評価において、プラントの運転経験から直接推定している起回事象は</p> <ul style="list-style-type: none"> ・小破断LOCA ・2次冷却系の破断 ・主給水流量喪失 ・蒸気発生器伝熱管破損 ・過渡事象 ・手動停止 ・原子炉補機冷却機能喪失 ・外部電源喪失 ・原子炉冷却材圧力バウンダリ機能喪失 ・余熱除去機能喪失 <p>であり、そのうち国内及び米国で発生実績のない0件事象は</p> <ul style="list-style-type: none"> ・小破断LOCA ・2次冷却系の破断 ・原子炉補機冷却機能喪失 ・原子炉冷却材圧力バウンダリ機能喪失 <p>である。</p> <p>これらについては、今回の評価においては0.5件の発生を仮定して、米国の運転実績も含めた評価を実施しているが、国内機器故障率を用いたフォールトツリー解析により起回事象発生頻度を評価することで、米国の運転期間を考慮せず、国内のデータのみで統一的に評価することも可能であると考えられる。</p> <p>従って、国内機器故障率を用いたフォールトツリー解析による評価可能性について以下に検討した。</p> <p>①小破断LOCA、原子炉冷却材圧力バウンダリ機能喪失</p> <p>LOCAの発生箇所としては、ポンプや弁等の動的機器のほか、配管等の静的機器からの漏れも考えられる。このような静的機器の故障率パラメータは一般に不確かさが大きく、漏れいの規模等詳細に分類して故障率を整備することも難しいことから、静的機器の故障を原因とする起回事象の場合には不確かさが大きい。また、原子炉冷却材圧力バウンダリ機能喪失は、誤った操作により事象を引き起こしてしまうような人的過誤が支配的要因と考えられるが、このような人的過誤の可能性を定量的に評価する場合においても、不確かさが大きい。</p>	<p>【大飯】 ■記載表現の相違 (以下、相違理由説明を省略)</p>

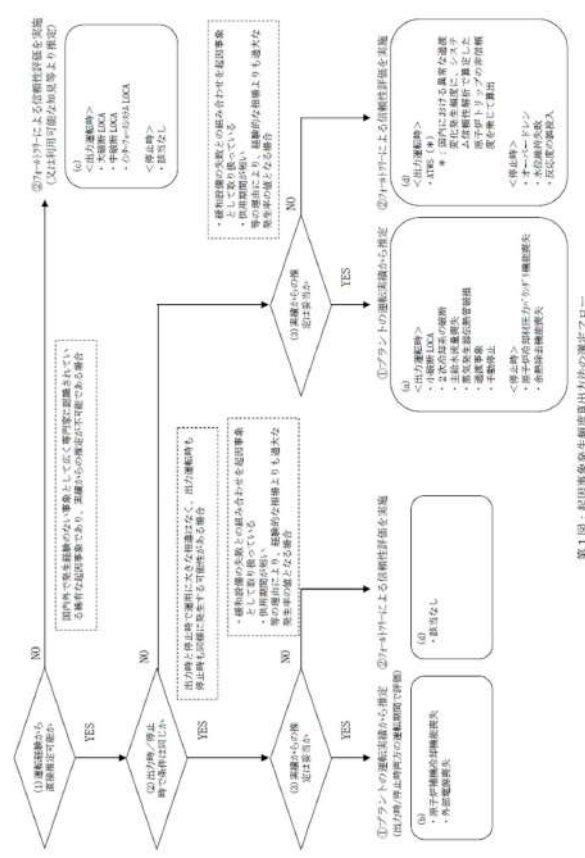
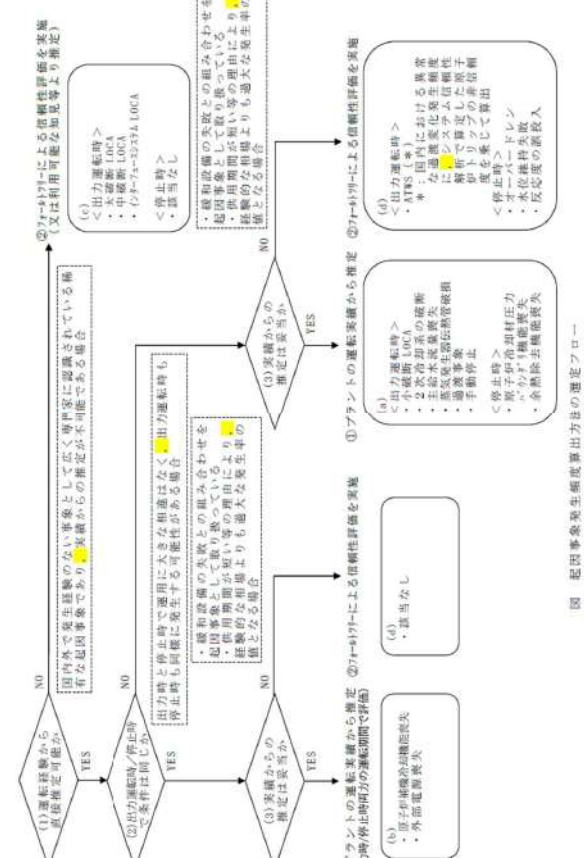
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-9 起回事象発生頻度の評価の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>②2次冷却系の破断</p> <p>①と同様な不確実さ要因に加え、2次系の設備の不具合を起因とする起回事象は非安全系機器の故障により発生するものが多く、PRA用に整備された機器故障率パラメータは一般に安全系設備を構成する機器の実績に基づき評価されることが多いため、機器故障率パラメータの適用性に大きな不確実さが考えられる。</p> <p>③原子炉補機冷却機能喪失</p> <p>①と同様な不確実さ要因に加え、ポンプ、弁等の故障が原因の場合には複数の故障の重畳を評価する必要があり、先に故障した機器の復旧の扱いにも大きな不確実さが考えられる。ただし、今回の評価において、フロントシステムのサポート系として原子炉補機冷却機能の非信頼度をフォールトツリーにより評価しており、信頼性解析により起回事象発生頻度を評価することは不可能ではない。また、海外で申請されている新設計プラントでは、設計が相違する先行プラントの運転実績による評価が難しいことから、フォールトツリーにより評価した例があり、例えばUS-APWRでは、原子炉補機冷却機能全喪失の発生頻度はフォールトツリーを用いて2.4E-05/炉年という評価結果が示されている。これは米国の運転実績に基づく一般的な発生頻度に比べ1~2桁低く、システム設計の違いはあってもこの程度の相違であることは一つの知見であると考えられる。</p> <p>以上のように、国内機器故障率を用いたフォールトツリー解析により起回事象発生頻度評価の可能性について検討を行った。フォールトツリー解析で評価することは不可能ではないものの、現状では上記のように、フォールトツリー解析を採用することによる不確実さが大きくなる可能性もある。起回事象発生頻度の算出方法については、パラメータの整備状況や評価手法の最新知見の状況等を踏まえて、PRAの目的も考慮しつつ^(B)精緻化していくことが、今後の課題であると考えている。</p> <p>注) 例えば、起回事象の主要因分析を目的とする場合、フォールトツリー解析を適用することにより、絶対値の不確実さは大きくとも、相対的な寄与割合を把握することができる。</p> <p>(参考) 原子力安全推進協会 (JANSI) が起回事象発生頻度データシステム</p>	<p>②2次冷却系の破断</p> <p>①と同様な不確実さ要因に加え、2次冷却系の設備の不具合を起因とする起回事象は非安全系機器の故障により発生するものが多く、PRA用に整備された機器故障率パラメータは一般に安全系設備を構成する機器の実績に基づき評価されることが多いため、機器故障率パラメータの適用性に大きな不確実さが考えられる。</p> <p>③原子炉補機冷却機能喪失</p> <p>①と同様な不確実さ要因に加え、ポンプ、弁等の故障が原因の場合には複数の故障の重畳を評価する必要があり、先に故障した機器の復旧の扱いにも大きな不確実さが考えられる。ただし、今回の評価において、フロントシステムのサポート系として原子炉補機冷却機能の非信頼度をフォールトツリーにより評価しており、信頼性解析により起回事象発生頻度を評価することは不可能ではない。また、海外で申請されている新設計プラントでは、設計が相違する先行プラントの運転実績による評価が難しいことから、フォールトツリーにより評価した例があり、例えばUS-APWRでは、原子炉補機冷却機能全喪失の発生頻度はフォールトツリーを用いて2.4E-05/炉年という評価結果が示されている。これは米国の運転実績に基づく一般的な発生頻度に比べ1~2桁低く、システム設計の違いはあってもこの程度の相違であることは一つの知見であると考えられる。</p> <p>以上のように、国内機器故障率を用いたフォールトツリー解析により起回事象発生頻度評価の可能性について検討を行った。フォールトツリー解析で評価することは不可能ではないものの、現状では上記のように、フォールトツリー解析を採用することによる不確実さが大きくなる可能性もある。起回事象発生頻度の算出方法については、パラメータの整備状況や評価手法の最新知見の状況等を踏まえて、PRAの目的も考慮しつつ^(B)精緻化していくことが、今後の課題であると考えている。</p> <p>注) 例えば、起回事象の主要因分析を目的とする場合、フォールトツリー解析を適用することにより、絶対値の不確実さは大きくとも、相対的な寄与割合を把握することができる。</p> <p>(参考) 電力中央研究所 原子力リスク研究センター (NRRC) が起回事象発</p>	<p>②2次冷却系の破断</p> <p>①と同様な不確実さ要因に加え、2次冷却系の設備の不具合を起因とする起回事象は非安全系機器の故障により発生するものが多く、PRA用に整備された機器故障率パラメータは一般に安全系設備を構成する機器の実績に基づき評価されることが多いため、機器故障率パラメータの適用性に大きな不確実さが考えられる。</p> <p>③原子炉補機冷却機能喪失</p> <p>①と同様な不確実さ要因に加え、ポンプ、弁等の故障が原因の場合には複数の故障の重畳を評価する必要があり、先に故障した機器の復旧の扱いにも大きな不確実さが考えられる。ただし、今回の評価において、フロントシステムのサポート系として原子炉補機冷却機能の非信頼度をフォールトツリーにより評価しており、信頼性解析により起回事象発生頻度を評価することは不可能ではない。また、海外で申請されている新設計プラントでは、設計が相違する先行プラントの運転実績による評価が難しいことから、フォールトツリーにより評価した例があり、例えばUS-APWRでは、原子炉補機冷却機能全喪失の発生頻度はフォールトツリーを用いて2.4E-05/炉年という評価結果が示されている。これは米国の運転実績に基づく一般的な発生頻度に比べ1~2桁低く、システム設計の違いはあってもこの程度の相違であることは一つの知見であると考えられる。</p> <p>以上のように、国内機器故障率を用いたフォールトツリー解析により起回事象発生頻度評価の可能性について検討を行った。フォールトツリー解析で評価することは不可能ではないものの、現状では上記のように、フォールトツリー解析を採用することによる不確実さが大きくなる可能性もある。起回事象発生頻度の算出方法については、パラメータの整備状況や評価手法の最新知見の状況等を踏まえて、PRAの目的も考慮しつつ^(B)精緻化していくことが、今後の課題であると考えている。</p> <p>注) 例えば、起回事象の主要因分析を目的とする場合、フォールトツリー解析を適用することにより、絶対値の不確実さは大きくとも、相対的な寄与割合を把握することができる。</p> <p>(参考) 電力中央研究所 原子力リスク研究センター (NRRC) が起回事象発</p>	<p>【大飯】</p> <p>■記載表現の相違</p> <p>・泊は「2次冷却系」の記載で統一している</p> <p>【大飯】</p>

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.b-9 起因事象発生頻度の評価の考え方について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>等を整備し、定期的に国内一般パラメータの推定及び公開することを計画しており、今後、この取り組みなども踏まえつつ、評価内容の一層の品質向上を図っていく。</p>  <p>第1図：起因事象発生頻度算出方法の選定フロー</p>	<p>女川原子力発電所2号炉</p>	<p>生頻度データシステム等を整備し、定期的に国内一般パラメータの推定及び公開することを計画しており、今後、この取り組み等も踏まえつつ、評価内容の一層の品質向上を図っていく。</p>  <p>図 起因事象発生頻度算出方法の選定フロー</p>	<p>■記載表現の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> ・PRA用の国内一般パラメータの整備はJANSIからNRRCに移管されている

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-10 起回事象の発生頻度評価に用いるデータベースの適用性について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-9</p> <p><u>起回事象の発生頻度評価に用いるデータベースの適用性について</u></p> <p>起回事象発生頻度のデータベースは、メーカー及びエンジニアリング会社によって、以下の情報を対象に起回事象発生件数を調査し、その結果を事業者が確認する枠組みで定期的に更新している。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子力施設運転管理年報（独）原子力安全基盤機構発行） ・原子力安全推進協会により運営されているNUCIA ・電気事業者によるプレスリリース <p>平成20年度末までの起回事象発生頻度データは上記の枠組みによるデータベースの更新が完了している。一方、現在は平成21年度から平成23年度末までの実績を反映したデータベースの更新を実施中である。</p> <p>以上の状況を踏まえ、本評価においてはPRA評価開始時において利用可能な最新のデータとして、平成20年度末までの運転状況を反映した起回事象発生頻度のデータを使用した。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-10</p> <p>起回事象の発生頻度評価に用いるデータベースの適用性について</p> <p>本評価においては、評価実施時点で最新の国内及び米国PWRプラントの運転実績の調査結果に基づいて起回事象発生頻度を評価している。</p> <p>国内PWRプラントの運転実績データは、原子力施設運転管理年報（以下「運転管理年報」という。）から得られる情報を用いて、2011年3月31日までの運転期間及び発電時間を算出した。</p> <p>また、国内PWRプラントにおけるトリップ事例については、原子力施設運転管理年報及び原子力安全基盤機構（JNES）で公開されているトラブル情報を基に、2011年3月31日までの間に原子炉停止に至った事象を調査した。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・運転管理年報 ユニット別運転線図 ・運転管理年報 原子力発電所におけるトラブルの概要（法律対象） ・JNES 国内のトラブル情報 	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇄補足 ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載内容の相違 ・起回事象発生頻度評価の際に参照する情報の相違。起回事象発生頻度評価に利用可能な情報として、国内プラントの運転実績を参照している点や、PRA評価開始時点で利用可能な最新のデータを使用している点は同様。（大飯に記載はないが、参照した情報は泊と同様である）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-10 起回事象の発生頻度評価に用いるデータベースの適用性について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	以上	さらに、本評価では、米国 PWR プラントの運転実績として以下の文献を基に調査を実施した。 ・NUREG-0020, Operating Units Status Report ・ NUREG-1187, Performance Indicator for Operating Commercial Nuclear Power Reactors ・The U.S. Nuclear Regulatory Commission (NRC) 公開情報	【女川】 ■評価方針の相違 ・泊は日本原子力学会標準に従い、米国の運転実績を活用している（大飯に記載はないが、評価方針は泊と同様である） 【女川】 ■記載表現の相違

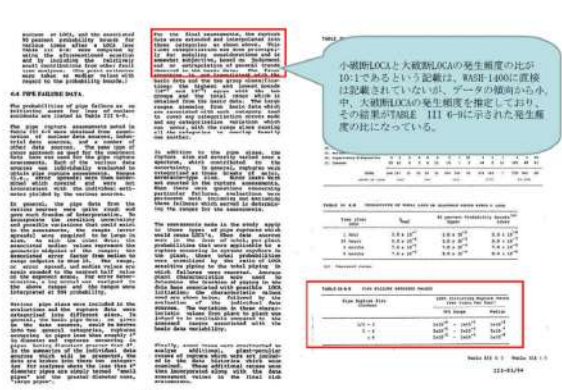

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.b-11 WASH-1400の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																												
<p style="text-align: right;">補足3</p> <p style="text-align: center;">WASH-1400の考え方について</p> <p>WASH-1400 (Reactor Safety Study, NUREG-75/014) では、配管破断発生頻度に係る種々のデータに見られる傾向にもとづき、大破断LOCA、中破断LOCA及び小破断LOCAの発生頻度を推定している。その結果、大破断LOCAの発生頻度は小破断LOCAの1/10、中破断LOCAは大破断LOCAと小破断LOCAの相乗平均相当の発生頻度となっている。</p> <p>国内PWRプラントはウェスチングハウス社製米国PWRプラントと原子炉冷却材圧力バウンダリの基本的な設計に差異はないことから、米国WASH-1400の考え方は、国内PWRプラントである大飯3号炉及び4号炉の大破断LOCA、中破断LOCAの発生頻度の算出にも適用できるものとする。</p> <p style="text-align: center;">第1表 配管破断評価結果</p> <table border="1" data-bbox="100 1053 660 1157"> <thead> <tr> <th rowspan="2">配管破断サイズ (インチ)</th> <th colspan="2">配管破断確率 (／炉年)</th> </tr> <tr> <th>90% Range</th> <th>Median</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>1/2～2</td> <td>1×10⁻⁴～1×10⁻²</td> <td>1×10⁻³</td> </tr> <tr> <td>2～6</td> <td>3×10⁻³～3×10⁻³</td> <td>3×10⁻⁴</td> </tr> <tr> <td>>6</td> <td>1×10⁻³～1×10⁻³</td> <td>1×10⁻⁴</td> </tr> </tbody> </table>	配管破断サイズ (インチ)	配管破断確率 (／炉年)		90% Range	Median	1/2～2	1×10 ⁻⁴ ～1×10 ⁻²	1×10 ⁻³	2～6	3×10 ⁻³ ～3×10 ⁻³	3×10 ⁻⁴	>6	1×10 ⁻³ ～1×10 ⁻³	1×10 ⁻⁴	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-11</p> <p style="text-align: center;">起因事象のLOCAの発生頻度算定の考え方</p> <p>1. 事象の分類定義</p> <p>LOCAでは、バウンダリからの冷却材の流出規模によりプラント応答や成功基準が異なるため、流出規模に応じて事象分類を定義する。NUREG-1150の定義と同様に漏えい、小破断LOCA、中破断LOCA、大破断LOCA及び設計基準事故(DBA)超過LOCAに事象を分類した。各事象の分類定義や等価破断径、流出流量について表1に示す。</p> <p>なお、「漏えい」については常用系のポンプによる冷却材の補給可能範囲であり、事象が発生しても重大な原子炉への外乱に発展する可能性は小さく、またタービン系への影響も軽微と考えられることから通常停止に含めている。</p> <p>「DBA超過LOCA」はNUREG-1829をもとに検討しており、その発生頻度は10⁻³/年以下となっている。DBA超過LOCAは原子炉圧力容器破損が主な要因であるため緩和に期待することが困難であり、炉心損傷直結となるため、内的事象での炉心損傷頻度と比較すると必ずしも小さいとは言えない。ただし、格納容器内での事象緩和に期待できるため、格納容器破損頻度はさらに小さな値となるものと考えられる。また、原子炉圧力容器破損は、本来、決定論の枠組みの中で対応がとられており、緩和に関してはレベル1.5PRAのものであることから評価対象外とした。内部事象運転時レベル1PRAの起因事象からは評価対象外としたが、地震レベル1PRAでは大・中・小破断LOCAを包絡する非常用炉心冷却系(ECCS)容量を超えるLOCA(E-LOCA)が抽出されており、本事象については、重要事故シナリオの選定プロセスの中でその扱いを整理している。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-11</p> <p style="text-align: center;">WASH-1400の考え方について</p> <p>WASH-1400 (Reactor Safety Study, NUREG-75/014) では、配管破断発生頻度に係る種々のデータに見られる傾向に基づき、大破断LOCA、中破断LOCA及び小破断LOCAの発生頻度を推定している。その結果、大破断LOCAの発生頻度は小破断LOCAの1/10、中破断LOCAは大破断LOCAと小破断LOCAの相乗平均相当の発生頻度となっている。</p> <p>国内PWRプラントはウェスチングハウス社製米国PWRプラントと原子炉冷却材圧力バウンダリの基本的な設計に差異はないことから、米国WASH-1400の考え方は、国内PWRプラントである泊3号炉の大破断LOCA、中破断LOCAの発生頻度の算出にも適用できるものとする。</p> <p style="text-align: center;">表 配管破断評価結果</p> <table border="1" data-bbox="1310 1029 1892 1165"> <thead> <tr> <th rowspan="2">配管破断サイズ (インチ)</th> <th colspan="2">配管破断確率 (／炉年)</th> </tr> <tr> <th>90% Range</th> <th>Median</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>1/2～2</td> <td>1×10⁻⁴～1×10⁻²</td> <td>1×10⁻³</td> </tr> <tr> <td>2～6</td> <td>3×10⁻³～3×10⁻³</td> <td>3×10⁻⁴</td> </tr> <tr> <td>>6</td> <td>1×10⁻³～1×10⁻³</td> <td>1×10⁻⁴</td> </tr> </tbody> </table>	配管破断サイズ (インチ)	配管破断確率 (／炉年)		90% Range	Median	1/2～2	1×10 ⁻⁴ ～1×10 ⁻²	1×10 ⁻³	2～6	3×10 ⁻³ ～3×10 ⁻³	3×10 ⁻⁴	>6	1×10 ⁻³ ～1×10 ⁻³	1×10 ⁻⁴	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇄補足 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載内容の相違 ・LOCAの起因事象発生頻度の評価方法の相違に伴う記載内容の相違のため、本補足は大飯と比較する <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■名称の相違 ・申請プラント <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違
配管破断サイズ (インチ)		配管破断確率 (／炉年)																													
	90% Range	Median																													
1/2～2	1×10 ⁻⁴ ～1×10 ⁻²	1×10 ⁻³																													
2～6	3×10 ⁻³ ～3×10 ⁻³	3×10 ⁻⁴																													
>6	1×10 ⁻³ ～1×10 ⁻³	1×10 ⁻⁴																													
配管破断サイズ (インチ)	配管破断確率 (／炉年)																														
	90% Range	Median																													
1/2～2	1×10 ⁻⁴ ～1×10 ⁻²	1×10 ⁻³																													
2～6	3×10 ⁻³ ～3×10 ⁻³	3×10 ⁻⁴																													
>6	1×10 ⁻³ ～1×10 ⁻³	1×10 ⁻⁴																													

第37条 付録1 事故シナシケンスグループ及び重要事故シナシケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-11 WASH-1400の考え方について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第1図 WASH-1400 該当箇所</p>	<p>表1 LOCA 関連事象の分類定義</p> <div style="border: 1px solid black; padding: 5px; margin: 10px 0;"> <p>枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p> </div> <p>2. 発生頻度の設定</p> <p>LOCAは日米ともに発生経験がなく、かつ原子炉冷却材バウンダリ の設計及び運転管理において日米で大きな差異がないため、その起 因事象発生頻度の評価には、NUREG-1829とNUREG/CR-5750の文献デ ータを用いた。調査に用いた文献の概要については次に示す。</p> <p>(1) NUREG/CR-5750</p> <p>Rates of Initiating Events at U.S. Nuclear Power Plants:1987-1995/February 1999</p> <ul style="list-style-type: none"> ・米国原子力発電所の起因事象発生頻度を評価したもの ・LOCA関係は1969年から1997年の実績で検討 ・LOCAの発生経験はないため、配管の貫通クラックの発生経験から 破断に進展する確率を乗じて評価、小破断LOCAを除き不確定性 (EF)は10を設定 ・LOCAの分類定義はNUREG-1150 に同様の大破断・中破断・小破断3 段階 ・経年変化 (Trend) は一定とし、プラント間の相違もないとの位置 づけ ・配管以外の寄与については評価対象外 <p>(2) NUREG-1829(Draft Report for Comment)</p>	 <p>第1図 WASH-1400 該当箇所</p>	<p>相違理由</p> <p>【大飯】 ■ 記載表現の相</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-11 WASH-1400の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>Estimating Loss of Coolant Accident (LOCA) Frequencies Through the Elicitation Process / June 2005</p> <ul style="list-style-type: none"> ・リスク情報活用規制の一環としての設計基準LOCA見直しのため、NRCがLOCA発生頻度を評価したもの ・専門家パネル(Expert Elicitation)により不確定性を含めた検討を実施 ・配管からの寄与の他、非配管からの寄与として、原子炉圧力容器や蒸気発生器などの機器も考慮 ・LOCA時の流出流量(等価破断径)により6段階に分類 ・25年運転想定での発生頻度と、ライセンス切れの頃(40年運転想定)の評価を実施、BWRでは両者にほとんど差はない結果 ・原子炉圧力容器については、確率論的破壊力学(PFM)による評価も参照しつつ、破損頻度を検討 ・NUREG/CR-5750との結果比較があり、中破断LOCA部分を除きおおむね一致 <p>両文献より、プラント間や経年変化での差異は小さいと考えられることから、これらのデータはプラントによらず使用できると考えられる。なお、不確定性が比較的大きいデータであることから、基本的に有効数字1桁として扱い、表2に示すように評価値を検討した。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・NUREG-1829とNUREG/CR-5750の両文献データ(超過頻度・暦年ベース)を用いる <div data-bbox="705 997 1294 1220" style="border: 1px solid black; height: 140px; width: 263px; margin: 10px 0;"></div> <p>以上より、LOCA発生頻度の検討結果を図1にまとめる。</p> <p style="text-align: right;">以上</p> <div data-bbox="810 1332 1288 1364" style="border: 1px solid black; padding: 2px; margin-top: 10px;"> 枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。 </div>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-11 WASH-1400 の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p data-bbox="891 188 1079 207">表2-100A 発生頻度の検討</p> <div data-bbox="703 204 1272 766" style="border: 2px solid black; height: 350px; width: 100%;"></div> <p data-bbox="810 858 1285 880" style="border: 1px solid black; padding: 2px;">枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-11 WASH-1400 の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<div data-bbox="703 181 1274 1018" style="border: 2px solid black; height: 524px; width: 255px; margin: 0 auto;"></div> <div data-bbox="824 1024 1167 1048" style="text-align: center; margin-top: 10px;"> 図1 LOCA 事象分類と発生頻度検討のまとめ </div> <div data-bbox="808 1126 1285 1153" style="border: 1px solid black; padding: 2px; margin-top: 20px; text-align: center;"> 枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。 </div>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-12 起回事象外部電源喪失における炉型の違いに対する考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-10</p> <p style="text-align: center;"><u>起回事象外部電源喪失における炉型の違いに対する考え方について</u></p> <p>本評価においては、「外部電源喪失」を含む、過渡事象及び従属性を有する起回事象の発生頻度は、国内BWRの運転実績に基づいて設定しており、運転実績には、利用可能なデータである平成20年度（平成21年3月）までのデータを用い、発生した事象を各起回事象に分類し、その件数を運転炉年で除して発生頻度を算出している。</p> <p>なお、外部電源喪失の発生頻度について、BWR、PWR、BWR及びPWRの各ケースで計算した結果を表1に示すが、ほぼ同等の値となっている。</p> <p style="text-align: center;">表1 出力運転時PRA「外部電源喪失」の発生頻度</p> <table border="1" data-bbox="701 981 1283 1117"> <thead> <tr> <th>計算ケース</th> <th>BWR</th> <th>PWR^注</th> <th>BWR+PWR</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>発生件数</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>6</td> </tr> <tr> <td>暦年</td> <td>706.1 炉年</td> <td>621 炉年</td> <td>1327.1 炉年</td> </tr> <tr> <td>発生頻度（/炉年）</td> <td>4.2E-03</td> <td>4.8E-03</td> <td>4.5E-03</td> </tr> </tbody> </table> <p>※平成25年10月11日「川内原子力発電所1号炉及び2号炉PRAについて」参照</p> <p>女川2号炉のPRAにおける、外部電源喪失を起因とした場合の炉心損傷頻度は8.2E-07/炉年であるため、BWRとPWRの運転実績を合計した場合、炉心損傷頻度は、$8.2E-07 \times (4.5E-03 / 4.2E-03) = 8.8E-07$（/炉年）となり、炉心損傷頻度の増加分は5.9E-08/炉年となる。</p>	計算ケース	BWR	PWR ^注	BWR+PWR	発生件数	3	3	6	暦年	706.1 炉年	621 炉年	1327.1 炉年	発生頻度（/炉年）	4.2E-03	4.8E-03	4.5E-03	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-12</p> <p style="text-align: center;"><u>起回事象外部電源喪失における炉型の違いに対する考え方について</u></p> <p>本評価においては、「外部電源喪失」を含む、過渡事象及び従属性を有する起回事象の発生頻度は、国内PWRの運転実績に基づいて設定しており、運転実績には、利用可能なデータである平成22年度（平成23年3月）までのデータを用い、発生した事象を各起回事象に分類し、その件数を運転炉年で除して発生頻度を算出している。</p> <p>なお、外部電源喪失の発生頻度について、PWR、BWR、PWR及びBWRの各ケースで計算した結果を表1に示すが、ほぼ同等の値となっている。</p> <p style="text-align: center;">表 出力運転時PRA「外部電源喪失」の発生頻度</p> <table border="1" data-bbox="1305 997 1899 1101"> <thead> <tr> <th>計算ケース</th> <th>PWR</th> <th>BWR^注</th> <th>PWR+BWR</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>発生件数</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>6</td> </tr> <tr> <td>暦年</td> <td>621 炉年</td> <td>706.1 炉年</td> <td>1327.1 炉年</td> </tr> <tr> <td>発生頻度（/炉年）</td> <td>4.8E-03</td> <td>4.2E-03</td> <td>4.5E-03</td> </tr> </tbody> </table> <p>※令和元年9月19日「女川原子力発電所2号炉 確率論的リスク評価（PRA）について」参照</p> <p>泊3号炉のPRAにおける、外部電源喪失を起因とした場合の炉心損傷頻度は3.6E-06/炉年であるため、PWRとBWRの運転実績を合計した場合、炉心損傷頻度は、$3.6E-06 \times (4.5E-03 / 4.8E-03) = 3.4E-06$（/炉年）となり、炉心損傷頻度の減少分は2.3E-07/炉年となる。</p>	計算ケース	PWR	BWR ^注	PWR+BWR	発生件数	3	3	6	暦年	621 炉年	706.1 炉年	1327.1 炉年	発生頻度（/炉年）	4.8E-03	4.2E-03	4.5E-03	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 ■付番の相違 ・資料番号の相違 【大飯】 ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・使用しているデータの相違（大飯に記載はないが、泊と同様） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 （以下、相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■参照先の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■名称の相違 ・申請プラント <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違
計算ケース	BWR	PWR ^注	BWR+PWR																																
発生件数	3	3	6																																
暦年	706.1 炉年	621 炉年	1327.1 炉年																																
発生頻度（/炉年）	4.2E-03	4.8E-03	4.5E-03																																
計算ケース	PWR	BWR ^注	PWR+BWR																																
発生件数	3	3	6																																
暦年	621 炉年	706.1 炉年	1327.1 炉年																																
発生頻度（/炉年）	4.8E-03	4.2E-03	4.5E-03																																

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-12 起回事象外部電源喪失における炉型の違いに対する考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>これにより、外部電源喪失を起因としたシーケンスの炉心損傷頻度が一様に1割程度増加するものの、起回事象別の炉心損傷頻度における外部電源喪失の割合は全体（全炉心損傷頻度：5.5E-05/炉年）の約1.5%程度であることから、全体の結果に与える影響は極めて小さいものとする。</p> <p style="text-align: right;">以上</p>	<p>これにより、外部電源喪失を起因としたシーケンスの炉心損傷頻度が一様に1割程度増加するものの、起回事象別の炉心損傷頻度における外部電源喪失の割合は全体（全炉心損傷頻度：2.3E-04/炉年）の約2%程度であることから、全体の結果に与える影響は極めて小さいものとする。</p>	<p>【女川】 ■ 個別評価による相違</p> <p>【女川】 ■ 記載表現の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-13 ATWSの起回事象発生頻度で用いた原子炉トリップ失敗確率評価について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足 4</p> <p>ATWSの起回事象発生頻度で用いた原子炉トリップ失敗確率評価について</p> <p>原子炉保護系の信頼度については、原子炉トリップ失敗確率をフォールトツリー解析（第1図）により評価している。 原子炉トリップ失敗の要因は以下のとおり。</p> <p>①：制御棒クラスター[]の未挿入 ②：原子炉トリップ遮断器の開失敗</p> <p>上記のうち原子炉トリップ遮断器の開失敗となる要因は以下が考えられる。 ②-1：原子炉トリップ信号発信失敗 ②-2：原子炉トリップ遮断器[]の故障</p> <p>原子炉トリップ信号発信失敗の要因としては、信号検出部、各種カード、リレー等の原子炉トリップ信号系を構成する各種要素における故障が考えられるため、これらの故障により原子炉トリップ信号が発信しなくなる組合せを適切にフォールトツリーでモデル化し、原子炉トリップに失敗する確率を算出した。</p>	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.e-1</p> <p><u>スクラム系(機械系)における原子炉停止失敗の定義</u></p> <p>女川2号炉のPRAにおけるATWSシーケンスでは、スクラム電気系に関するヘディングと、スクラム機械系に関するヘディングを設定している。スクラム機械系の失敗については、隣接[]本の制御棒挿入に失敗すると未臨界を確保できないという過去の知見をもとに、隣接[]本の制御棒の挿入に失敗する確率としている。 以下に、隣接[]本の制御棒挿入に失敗する確率の評価の概要を述べる。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-13</p> <p>ATWSの起回事象発生頻度で用いた原子炉トリップ失敗確率評価について</p> <p>原子炉保護系の信頼度については、原子炉トリップ失敗確率をフォールトツリー解析（図）により評価している。</p> <p>原子炉トリップ失敗の要因は以下のとおり。 ①：制御棒クラスター[]の未挿入 ②：原子炉トリップ遮断器の開失敗</p> <p>上記のうち原子炉トリップ遮断器の開失敗となる要因は以下が考えられる。 ②-1：原子炉トリップ信号発信失敗 ②-2：原子炉トリップ遮断器本体の故障</p> <p>原子炉トリップ信号発信失敗の要因としては、信号検出部、各種カード等の原子炉トリップ信号系を構成する各種要素における故障が考えられるため、これらの故障により原子炉トリップ信号が発信しなくなる組合せを適切にフォールトツリーでモデル化し、原子炉トリップに失敗する確率を算出した。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【女川】【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載内容の相違 ・原子炉停止失敗確率の評価に関する資料を作成していることは同様だが、設計の相違のため大飯と比較する（着色せず）。 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 （以下、相違理由説明を省略） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・泊は安全保護系を総合デジタル化している

[] 枠囲みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。

[] 枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

[] 枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-13 ATWSの起因事象発生頻度で用いた原子炉トリップ失敗確率評価について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>原子炉トリップ遮断器 [] の故障については、共通要因故障MGL法を適用し、[] を対象に評価している。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・しゃ断器開失敗確率：2.20E-05 (NUCIAデータ) ・CCFパラメータ (CCF Parameter Estimations 2010より) <ul style="list-style-type: none"> β：2.50E-02 (しゃ断器2台以上のCCF) γ：3.92E-01 (しゃ断器3台以上のCCF) δ：3.41E-01 (しゃ断器4台以上のCCF) <p>以上のフォールトツリー解析の結果、原子炉保護系の非信頼度は1.7E-07となる。</p>	<div style="border: 2px solid black; width: 100%; height: 100%;"></div>	<p>原子炉トリップ遮断器本体の故障については、共通要因故障MGL法を適用し、8台の原子炉トリップ遮断器を対象に評価している。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・遮断器開失敗確率：2.20E-05 (NUCIAデータ) ・CCFパラメータ (CCF Parameter Estimations 2010より) <ul style="list-style-type: none"> β：2.50E-02 (遮断器2台以上のCCF) γ：3.92E-01 (遮断器3台以上のCCF) δ：3.41E-01 (遮断器4台以上のCCF) <p>以上のフォールトツリー解析の結果、原子炉保護系の非信頼度は1.8E-07となる。</p>	<p>【大飯】 ■ 個別評価による相違</p>

枠囲みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-13 ATWSの起回事象発生頻度で用いた原子炉トリップ失敗確率評価について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>大飯発電所3/4号炉</p> <p>第1図 原子炉トリップ失敗確率評価で用いたフォールトツリー</p>	<p>女川原子力発電所2号炉</p> <p>以上</p>	<p>泊発電所3号炉</p> <p>図 原子炉トリップ失敗確率評価で用いたフォールトツリー</p>	<p>相違理由</p> <ul style="list-style-type: none"> 【大飯】 ■個別評価による相違 ■設計の相違 ・泊は安全保護系を総合デジタル化しており、ソフトウェア起因の共通要因故障をモデル化している <ul style="list-style-type: none"> 【女川】 ■記載表現の相違

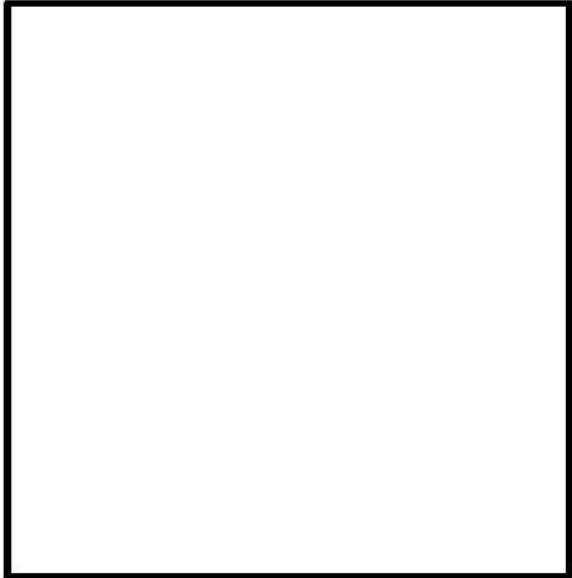
枠囲みの範囲は機密に係る事項ですので公開することはできません。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-13 ATWS の起因事象発生頻度で用いた原子炉トリップ失敗確率評価について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
			

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

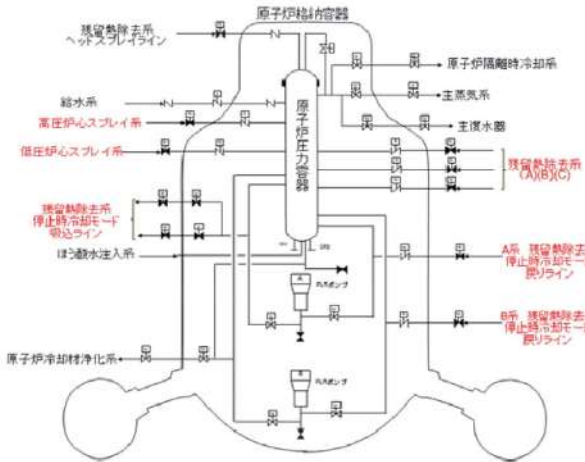
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足 1 2</p> <p>インターフェイスシステムLOCAの発生頻度の算出方法について</p>	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-13</p> <p>インターフェイスシステムLOCAの発生頻度の算出方法について</p> <p>1. 評価対象配管</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリと接続された系統で、高圧設計部分と低圧設計部分のインターフェイスとなる配管のうち、隔離弁の故障等により低圧設計部分が過圧され破断する事象を想定する。</p> <p>図1にJEAC4602に記載されている標準BWRの原子炉冷却材圧力バウンダリを示す。</p> <p>原子炉から格納容器外に接続する主な配管は下記のとおりとなる。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却系蒸気配管 ・給水系注入配管 ・高圧炉心スプレイ系注入配管 ・低圧炉心スプレイ/低圧注水系注入配管 ・原子炉冷却材浄化系吸込み配管 ・炉水試料採取系吸込み配管 ・残留熱除去系原子炉停止時冷却モード戻り配管 ・残留熱除去系原子炉停止時冷却モード吸込み配管 ・制御棒駆動機構注入配管 ・ヘッドスプレイ配管 ・主蒸気系配管 ・ほう酸水注入系配管 ・計装用配管 <p>高圧バウンダリのみで構成されている原子炉隔離時冷却系蒸気配管、原子炉冷却材浄化系吸込み配管、ほう酸水注入配管及び主蒸気配管はインターフェイスシステムLOCA（以下「ISLOCA」という。）の対象としない。さらに、ISLOCA発生頻度の観点から、3弁以上の弁で隔離されている給水系配管は評価の対象としない。影響の観点から、配管の口径が小さい炉水試料採取系吸込み配管、制御棒駆動機構注入配管、計装用配管は評価の対象としない。また、ヘッドスプレイ配管は口径が小さく、かつ気相破断であるため原子炉への影</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-14</p> <p>インターフェイスシステムLOCAの発生頻度の算出方法について</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇄補足 <p>【女川】【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・別添本文にも記載のとおり、PWR と BWR は設計の相違により評価内容が異なるため、女川の1.～3.は、本文で大飯と比較する（着色せず）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>響は小さく、評価の対象としない。</p> <p>以上より、評価対象の配管は次のとおり。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 高圧炉心スプレイ系注入配管 ・ 低圧炉心スプレイ系/低圧注水系注入配管 ・ 残留熱除去系原子炉停止時冷却モード戻り配管 ・ 残留熱除去系原子炉停止時冷却モード吸込み配管  <p>図1 原子炉冷却材圧力バウンダリ</p> <p>2. 評価方法</p> <p>(1) 評価対象配管のうち隔離弁が2弁のものについてISLOCAの発生頻度を予備的に評価する。ISLOCAの発生頻度は、低圧配管への異常な加圧の発生頻度及び異常な加圧による配管の破損確率に加え、運転員による隔離操作を考慮して以下のように評価する。</p> <p>$F_{ISF} = F_{PB} \cdot B \cdot H$ (運転員による隔離操作失敗) $F_{ISS} = F_{PB} \cdot B \cdot (1-H)$ (運転員による隔離操作成功)</p> <p>F_{ISF} : 運転員による隔離操作が失敗した場合のISLOCA発生頻度 F_{ISS} : 運転員による隔離操作が成功した場合のISLOCA発生頻度 F_{PB} : 評価対象配管への異常な加圧の発生頻度</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>B : 異常な加圧による配管の破損確率 H : 運転員による隔離失敗確率（開閉試験時考慮）</p> <p>また、評価対象配管への異常な加圧の発生頻度は、隔離弁2弁の故障等の重畳に加え、弁の故障検出を考慮して次式で評価する。</p> $F_{PB} = (\lambda 1 \cdot P2 \cdot \lambda 2 \cdot T2 + \lambda 2 \cdot P1 \cdot \lambda 1 \cdot T1) \cdot T$ <p>$\lambda 1, \lambda 2$: 弁の故障率等 $P1, P2$: 弁の故障検出失敗確率（開閉試験時考慮） $T1, T2$: 故障が放置される平均時間 T : 評価期間（1年）</p> <p>弁の故障率等には、破損／リークや誤開に加えて運転中に開閉試験を実施する弁については、試験に伴う開操作、試験終了時の閉め忘れと閉失敗を以下のとおり考慮する。</p> <ul style="list-style-type: none"> ■ 電動弁 <ul style="list-style-type: none"> ・機器故障（内部リーク，誤開故障） ・定期試験に伴う故障（開操作/試験終了後の閉め忘れ又は閉失敗） ■ 試験可能逆止弁 <ul style="list-style-type: none"> ・機器故障（内部リーク） ・定期試験に伴う故障（開操作/試験終了後の閉め忘れ又は閉失敗） <p>各対象配管の弁の組合わせを下表に示す。</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<div data-bbox="703 181 1126 533" style="border: 2px solid black; width: 100%; height: 100%;"></div> <div data-bbox="696 549 1173 576" style="border: 1px solid black; padding: 2px;"> 枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。 </div> <p data-bbox="696 619 880 643">3. 発生頻度の評価</p> <p data-bbox="696 652 938 676">(1) 評価に用いた故障率</p> <p data-bbox="696 686 819 710">①機器故障率</p> <p data-bbox="696 719 1292 812">内部リーク、誤開故障などの機器故障率には、国内21ヶ年データ（「故障件数の不確実さを考慮した国内一般機器故障率の推定（平成21年5月公表）」）を用いた。</p> <p data-bbox="696 821 1292 983">なお、内部リークの故障率について、ISLOCAの発生においては通常の内部リークよりも厳しい大規模な内部リークを想定しており、その機器故障の発生確率は通常の内部リークに比べて低いと考えられるものの、本評価では保守的に21ヶ年データと同等の値を用いて評価を行っている。</p> <p data-bbox="696 992 880 1016">■ 試験可能逆止弁</p> <ul data-bbox="719 1026 999 1118" style="list-style-type: none"> ・内部リーク = 7.1E-9/h ・閉失敗 = 3.4E-8/h ・リミットスイッチ誤動作 = 3.1E-9/h <p data-bbox="696 1128 799 1152">■ 電動弁</p> <ul data-bbox="719 1161 999 1220" style="list-style-type: none"> ・内部リーク = 4.1E-9/h ・誤開 = 2.5E-9/h <p data-bbox="696 1230 840 1254">②人的過誤確率</p> <p data-bbox="696 1264 1232 1287">人的過誤は、NUREG/CR-5124と同様、3.0E-3/dを使用した。</p> <ul data-bbox="719 1297 1173 1356" style="list-style-type: none"> ・試験前の回復に失敗する確率 = 3.0E-3/d ・試験時ISLOCA 発生時の隔離失敗確率 = 3.0E-3/d <p data-bbox="696 1366 1016 1390">③低圧配管の過圧状態での破損確率</p> <p data-bbox="696 1399 1292 1423">低圧配管の過圧状態での破損確率については、NUREG/CR-5124を</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																			
<p>参照して、保守的に0.1/dと設定した。</p> <p>(2) ISLOCAの起因事象発生頻度 評価対象プラントにおけるISLOCAの発生頻度の評価結果を以下に示す。</p> <table border="1" data-bbox="696 384 1294 571"> <thead> <tr> <th rowspan="2">ISLOCA</th> <th colspan="2">発生頻度 (/d年)</th> </tr> <tr> <th>隔離操作失敗</th> <th>隔離操作成功</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>低圧配管 ISLOCA</td> <td>2.1E-09</td> <td>7.3E-08</td> </tr> <tr> <td>高圧配管 ISLOCA</td> <td>2.2E-10</td> <td>1.8E-08</td> </tr> <tr> <td>小計</td> <td>2.4E-09</td> <td>9.2E-08</td> </tr> <tr> <td>合計</td> <td colspan="2">9.4E-08</td> </tr> </tbody> </table> <p>以上</p> <p>1. 有効性評価とPRA評価の考え方の相違 PRAは幅広く破損を想定し、その影響を評価するものであることから種々の破損を想定して評価を実施している。一方、有効性評価は確からしい破損規模を算定し、これに特化して炉心の健全性を評価したものである。したがって、それぞれの目的に応じて適切に評価しているものと考え、隔離弁（電動弁）の誤開という故障モードをPRAでは考慮していないが、有効性評価では考慮している等相違点があることを確認している（添付1）。また、海外PRAのインターフェイスシステムLOCAと比較検討した結果、発生頻度が2～3桁低いことを確認している（添付2）。</p> <p>2. 有効性評価と整合させた場合の発生頻度評価について インターフェイスシステムLOCA発生頻度について、発生条件を有効性評価と整合させた場合について、感度解析として以下のとおり実施した。結果として、現状のPRAの評価結果に有意な影響は及ぼさない。</p> <p>インターフェイスシステムLOCAは以下の条件のうちいずれかにより発生すると考えられる。なお、電動弁及び逆止弁の破損はそれぞれのリークに含まれるものとする。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リーク ② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの電動弁の内部リーク又は誤開</p>	ISLOCA	発生頻度 (/d年)		隔離操作失敗	隔離操作成功	低圧配管 ISLOCA	2.1E-09	7.3E-08	高圧配管 ISLOCA	2.2E-10	1.8E-08	小計	2.4E-09	9.2E-08	合計	9.4E-08		<p>参照して、保守的に0.1/dと設定した。</p> <p>(2) ISLOCAの起因事象発生頻度 評価対象プラントにおけるISLOCAの発生頻度の評価結果を以下に示す。</p> <table border="1" data-bbox="696 384 1294 571"> <thead> <tr> <th rowspan="2">ISLOCA</th> <th colspan="2">発生頻度 (/d年)</th> </tr> <tr> <th>隔離操作失敗</th> <th>隔離操作成功</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>低圧配管 ISLOCA</td> <td>2.1E-09</td> <td>7.3E-08</td> </tr> <tr> <td>高圧配管 ISLOCA</td> <td>2.2E-10</td> <td>1.8E-08</td> </tr> <tr> <td>小計</td> <td>2.4E-09</td> <td>9.2E-08</td> </tr> <tr> <td>合計</td> <td colspan="2">9.4E-08</td> </tr> </tbody> </table> <p>以上</p> <p>1. 有効性評価とPRA評価の考え方の相違 PRAは幅広く破損を想定し、その影響を評価するものであることから種々の破損を想定して評価を実施している。一方、有効性評価は確からしい破損規模を算定し、これに特化して炉心の健全性を評価したものである。したがって、それぞれの目的に応じて適切に評価しているものと考え、隔離弁（電動弁）の誤開という故障モードをPRAでは考慮していないが、有効性評価では考慮している等相違点があることを確認している（添付1）。また、海外PRAのインターフェイスシステムLOCAと比較検討した結果、発生頻度が2～3桁低いことを確認している（添付2）。</p> <p>2. 有効性評価と整合させた場合の発生頻度評価について インターフェイスシステムLOCA発生頻度について、発生条件を有効性評価と整合させた場合について、感度解析として以下のとおり実施した。結果として、現状のPRAの評価結果に有意な影響は及ぼさない。</p> <p>インターフェイスシステムLOCAは以下の条件のうちいずれかにより発生すると考えられる。なお、電動弁及び逆止弁の破損はそれぞれのリークに含まれるものとする。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リーク ② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの電動弁の内部リーク又は誤開</p>	ISLOCA	発生頻度 (/d年)		隔離操作失敗	隔離操作成功	低圧配管 ISLOCA	2.1E-09	7.3E-08	高圧配管 ISLOCA	2.2E-10	1.8E-08	小計	2.4E-09	9.2E-08	合計	9.4E-08		<p>参照して、保守的に0.1/dと設定した。</p> <p>(2) ISLOCAの起因事象発生頻度 評価対象プラントにおけるISLOCAの発生頻度の評価結果を以下に示す。</p> <table border="1" data-bbox="696 384 1294 571"> <thead> <tr> <th rowspan="2">ISLOCA</th> <th colspan="2">発生頻度 (/d年)</th> </tr> <tr> <th>隔離操作失敗</th> <th>隔離操作成功</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>低圧配管 ISLOCA</td> <td>2.1E-09</td> <td>7.3E-08</td> </tr> <tr> <td>高圧配管 ISLOCA</td> <td>2.2E-10</td> <td>1.8E-08</td> </tr> <tr> <td>小計</td> <td>2.4E-09</td> <td>9.2E-08</td> </tr> <tr> <td>合計</td> <td colspan="2">9.4E-08</td> </tr> </tbody> </table> <p>以上</p> <p>1. 有効性評価とPRA評価の考え方の相違 PRAは幅広く破損を想定し、その影響を評価するものであることから種々の破損を想定して評価を実施している。一方、有効性評価は確からしい破損規模を算定し、これに特化して炉心の健全性を評価したものである。したがって、それぞれの目的に応じて適切に評価しているものと考え、隔離弁（電動弁）の誤開という故障モードをPRAでは考慮していないが、有効性評価では考慮している等相違点があることを確認している（添付1）。また、海外PRAのインターフェイスシステムLOCAと比較検討した結果、発生頻度が2～3桁低いことを確認している（添付2）。</p> <p>2. 有効性評価と整合させた場合の発生頻度評価について インターフェイスシステムLOCA発生頻度について、発生条件を有効性評価と整合させた場合について、感度解析として以下のとおり実施した。結果として、現状のPRAの評価結果に有意な影響は及ぼさない。</p> <p>インターフェイスシステムLOCAは以下の条件のうちいずれかにより発生すると考えられる。なお、電動弁及び逆止弁の破損はそれぞれのリークに含まれるものとする。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リーク ② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの電動弁の内部リーク又は誤開</p>	ISLOCA	発生頻度 (/d年)		隔離操作失敗	隔離操作成功	低圧配管 ISLOCA	2.1E-09	7.3E-08	高圧配管 ISLOCA	2.2E-10	1.8E-08	小計	2.4E-09	9.2E-08	合計	9.4E-08		<p>【女川】</p> <p>■記載方針の相違</p> <p>・泊は感度解析として、発生条件を有効性評価と整合させた場合の解析を実施しており、女川に記載がないため1.及び2.は大飯と比較する</p>
ISLOCA		発生頻度 (/d年)																																																				
	隔離操作失敗	隔離操作成功																																																				
低圧配管 ISLOCA	2.1E-09	7.3E-08																																																				
高圧配管 ISLOCA	2.2E-10	1.8E-08																																																				
小計	2.4E-09	9.2E-08																																																				
合計	9.4E-08																																																					
ISLOCA	発生頻度 (/d年)																																																					
	隔離操作失敗	隔離操作成功																																																				
低圧配管 ISLOCA	2.1E-09	7.3E-08																																																				
高圧配管 ISLOCA	2.2E-10	1.8E-08																																																				
小計	2.4E-09	9.2E-08																																																				
合計	9.4E-08																																																					
ISLOCA	発生頻度 (/d年)																																																					
	隔離操作失敗	隔離操作成功																																																				
低圧配管 ISLOCA	2.1E-09	7.3E-08																																																				
高圧配管 ISLOCA	2.2E-10	1.8E-08																																																				
小計	2.4E-09	9.2E-08																																																				
合計	9.4E-08																																																					

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3 / 4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>逆止弁、電動弁それぞれのリークの発生頻度は、機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リーク：7.1E-9/h 電動弁リーク：4.1E-9/h <p>また、電動弁の誤開については、同じく機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 電動弁の誤開：2.5E-9/hである。 <p>である。</p> <p>このライン上の各弁の使命時間を出力運転期間の1年とすると、弁のリーク／誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1)：6.2E-5 (=7.1E-9×24×365) 電動弁リークP(V2)：3.6E-5 (=4.1E-9×24×365) 電動弁の誤開P(V3)：2.2E-5 (=2.5E-9×24×365) <p>電動弁の誤開については、中央制御室にて1回／日で電動弁の開閉状態を確認しているため、電動弁誤開後に直列に並ぶ2つ目の電動弁等の誤開、リークが24時間以内に発生する確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1')：8.5E-8/d (=7.1E-9×24÷2) 電動弁リークP(V2')：4.9E-8/d (=4.1E-9×24÷2) 電動弁の誤開P(V3')：3.0E-8/d (=2.5E-9×24÷2) <p>また、弁のリークが発生後、1年の使命時間内にそれ以外の弁のリーク／誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1'')：3.1E-5/d (=7.1E-9×24×365÷2) 電動弁リークP(V2'')：1.8E-5/d (=4.1E-9×24×365÷2) 電動弁の誤開P(V3'')：1.1E-5/d (=2.5E-9×24×365÷2) <p>これらの発生確率を用いて、①～③の場合における発生頻度を算出すると以下の通りとなる。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークの場合 低温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁が同時に内部リークする場合である。図の青字で示した通り、逆止弁の内部リークによってLOCAに至る経路は8通りあることから、発生頻度P(1)は、 $P(1) = 8 \times (P(V1))^3 = 1.9E-12$ (／炉年)</p>		<p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>逆止弁、電動弁それぞれのリークの発生頻度は、機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リーク：7.1E-9/h 電動弁リーク：4.1E-9/h <p>また、電動弁の誤開については、同じく機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 電動弁の誤開：2.5E-9/hである。 <p>である。</p> <p>このライン上の各弁の使命時間を出力運転期間の1年とすると、弁のリーク／誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1)：6.2E-5 (=7.1E-9×24×365) 電動弁リークP(V2)：3.6E-5 (=4.1E-9×24×365) 電動弁の誤開P(V3)：2.2E-5 (=2.5E-9×24×365) <p>電動弁の誤開については、中央制御室にて1回／日で電動弁の開閉状態を確認しているため、電動弁誤開後に直列に並ぶ2つ目の電動弁等の誤開、リークが24時間以内に発生する確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1')：8.5E-8/d (=7.1E-9×24÷2) 電動弁リークP(V2')：4.9E-8/d (=4.1E-9×24÷2) 電動弁の誤開P(V3')：3.0E-8/d (=2.5E-9×24÷2) <p>また、弁のリークが発生後、1年の使命時間内にそれ以外の弁のリーク／誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1'')：3.1E-5/d (=7.1E-9×24×365÷2) 電動弁リークP(V2'')：1.8E-5/d (=4.1E-9×24×365÷2) 電動弁の誤開P(V3'')：1.1E-5/d (=2.5E-9×24×365÷2) <p>これらの発生確率を用いて、①～③の場合における発生頻度を算出すると以下の通りとなる。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークの場合 低温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁が同時に内部リークする場合である。図の青字で示した通り、逆止弁の内部リークによってLOCAに至る経路は6通りあることから、発生頻度P(1)は、 $P(1) = 6 \times (P(V1))^3 = 1.4E-12$ (／炉年)</p>	<p>相違理由</p> <p>【大飯】 ■設計の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの電動弁の内部リーク又は誤開の場合</p> <p>高温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁と1つの電動弁（通常時閉）の同時リーク又は電動弁の誤開である。図の緑字で示した通り、この条件でLOCAに至る経路は4通りあることから、発生頻度P(2)は、以下の通り算出される。</p> <p>(i) 3つの弁全てがリークする場合 $P2 = 4 \times P(V1)^3 \times P(V2) = 3.5E-17$ (／炉年)</p> <p>(ii) 3つの逆止弁でリークが発生し、その後1年以内に電動弁が誤開する場合 $P2' = 4 \times P(V1'')^3 \times P(V3) = 2.6E-18$ (／炉年)</p> <p>(iii) 2つの逆止弁でリークが発生した後に電動弁が誤開し、その後24時間以内に残り1つの逆止弁がリークする場合。 $P2'' = 4 \times 3 \times P(V1'')^2 \times P(V1') \times P(V3) = 2.2E-20$ (／炉年)</p> <p>注) 電動弁が1番目、2番目に誤開する可能性もあるが、いずれの場合も極めて低い発生頻度と考えられるため評価に含めない。</p> <p>以上から、$P(2) = P2 + P2' + P2'' = 3.7E-17$ (／炉年)</p> <p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>余熱除去ポンプ吸込側でインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、2つの直列な電動弁がリーク又は誤開する場合である。図の赤字で示した通り、この条件でLOCAに至る経路は2通りあることから、発生頻度P(3)は以下の通り算出される。</p> <p>(i) 2つの電動弁がリークする確率P3 $P3 = 2 \times P(V2)^2 = 2.6E-9$ (／炉年)</p> <p>(ii) 1つの電動弁がリークした後に残り1つの電動弁が1年以内に誤開する確率P3' $P3' = 2 \times P(V2) \times P(V3'') = 7.9E-10$ (／炉年)</p>		<p>② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの電動弁の内部リーク又は誤開の場合</p> <p>高温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁と1つの電動弁（通常時閉）の同時リーク又は電動弁の誤開である。図の緑字で示した通り、この条件でLOCAに至る経路は4通りあることから、発生頻度P(2)は、以下の通り算出される。</p> <p>(i) 4つの弁全てがリークする場合 $P2 = 4 \times P(V1)^3 \times P(V2) = 3.5E-17$ (／炉年)</p> <p>(ii) 3つの逆止弁でリークが発生し、その後1年以内に電動弁が誤開する場合 $P2' = 4 \times P(V1'')^3 \times P(V3) = 2.6E-18$ (／炉年)</p> <p>(iii) 2つの逆止弁でリークが発生した後に電動弁が誤開し、その後24時間以内に残り1つの逆止弁がリークする場合。 $P2'' = 4 \times 3 \times P(V1'')^2 \times P(V1') \times P(V3) = 2.2E-20$ (／炉年)</p> <p>注) 電動弁が1番目、2番目に誤開する可能性もあるが、いずれの場合も極めて低い発生頻度と考えられるため評価に含めない。</p> <p>以上から、$P(2) = P2 + P2' + P2'' = 3.7E-17$ (／炉年)</p> <p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>余熱除去ポンプ吸込側でインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、2つの直列な電動弁がリーク又は誤開する場合である。図の赤字で示した通り、この条件でLOCAに至る経路は2通りあることから、発生頻度P(3)は以下の通り算出される。</p> <p>(i) 2つの電動弁がリークする確率P3 $P3 = 2 \times P(V2)^2 = 2.6E-9$ (／炉年)</p> <p>(ii) 1つの電動弁がリークした後に残り1つの電動弁が1年以内に誤開する確率P3' $P3' = 2 \times P(V2) \times P(V3'') = 7.9E-10$ (／炉年)</p>	<p>・ループ数の相違により低温側注入ラインの数が相違している(伊方と同様)以下、相違理由説明を省略)</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3 / 4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>(iii) 1つの電動弁が誤開した後に残る1つの電動弁が24時間以内にリークする確率P3' '</p> <p>$P3' ' = 2 \times P(V3) \times P(V2') = 2.2E-12$ (/ 炉年)</p> <p>以上から、<u>$P(3) = P3 + P3' + P3' ' = 3.4E-9$ (/ 炉年)</u></p> <p>①、②、③より、インターフェイスシステムLOCA の発生頻度は3.4E-9 (/ 炉年) となる。</p> <p>以上から、現状のPRAで評価している発生頻度 (3.0E-11 / 炉年) と比較した場合、発生頻度は約2 オーダー上昇するものの、全炉心損傷頻度 (6.4E-5 / 炉年) に占める寄与割合を考慮した場合、有意な影響は及ぼさないと考えられる。一方で、事象が発生した場合、格納容器をバイパスして放射性物質が環境へ放出される可能性があることから、漏えい箇所の隔離に失敗した場合の対策としてクールダウンアンドリサーキュレーションを整備し、その有効性を確認している。</p> <p>なお、PRAと有効性評価との整合等の観点から、海外におけるインターフェイスシステムLOCAの評価状況も参考に、今後の安全性向上評価におけるPRA評価において整合を図っていく予定である。</p>		<p>(iii) 1つの電動弁が誤開した後に残る1つの電動弁が24時間以内にリークする確率P3' '</p> <p>$P3' ' = 2 \times P(V3) \times P(V2') = 2.2E-12$ (/ 炉年)</p> <p>以上から、<u>$P(3) = P3 + P3' + P3' ' = 3.4E-9$ (/ 炉年)</u></p> <p>①、②、③より、インターフェイスシステムLOCAの発生頻度は3.4E-9 (/ 炉年) となる。</p> <p>以上から、現状のPRAで評価している発生頻度 (3.0E-11 / 炉年) と比較した場合、発生頻度は約2 オーダー上昇するものの、全炉心損傷頻度 (2.3E-4 / 炉年) に占める寄与割合を考慮した場合、有意な影響は及ぼさないと考えられる。一方で、事象が発生した場合、格納容器をバイパスして放射性物質が環境へ放出される可能性があることから、漏えい箇所の隔離に失敗した場合の対策としてクールダウンアンドリサーキュレーションを整備し、その有効性を確認している。</p> <p>なお、PRAと有効性評価との整合等の観点から、海外におけるインターフェイスシステムLOCAの評価状況も参考に、今後の安全性向上評価におけるPRA評価において整合を図っていく予定である。</p>	<p>相違理由</p> <p>【大飯】 ■個別評価による相違</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第1図 有効性評価と整合させた起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>第1図 有効性評価と整合させた起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>第1図 有効性評価と整合させた起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>相違理由</p>

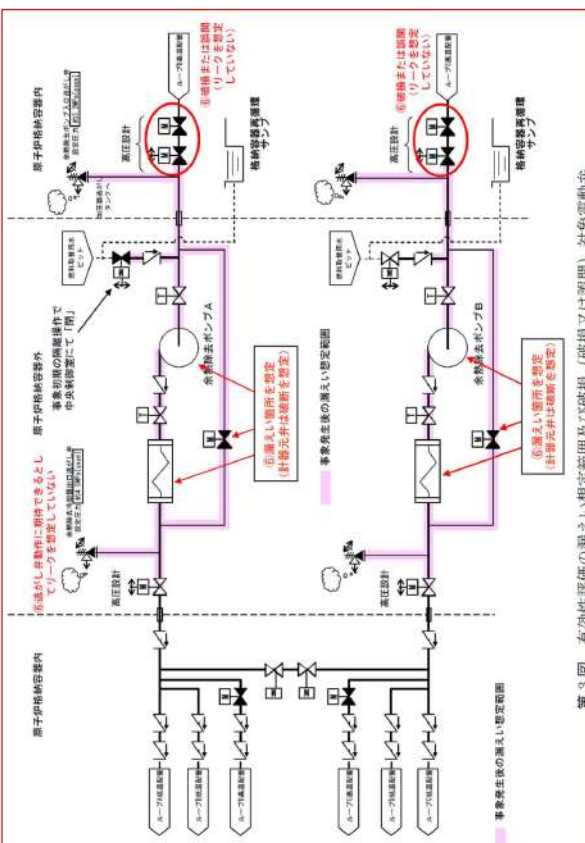
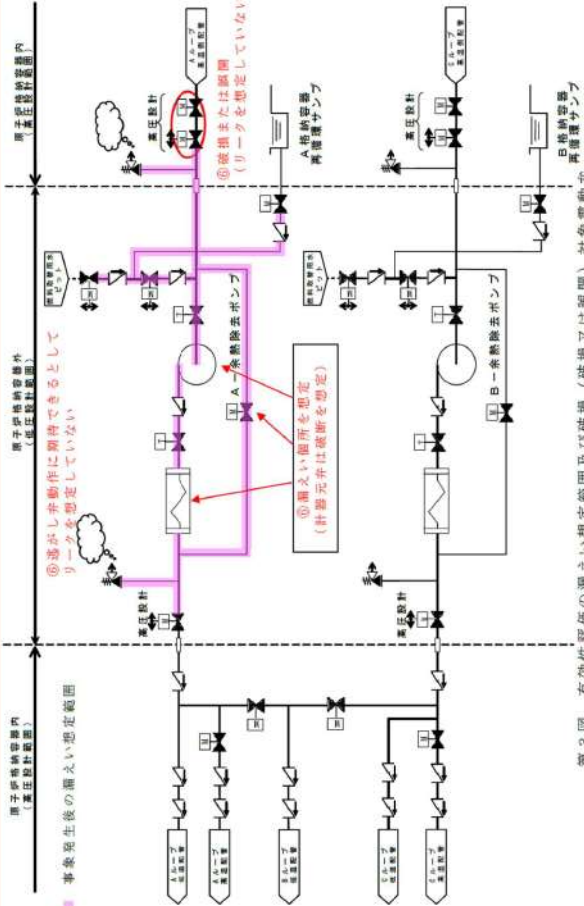
第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第2図 PRAにおける起因事象発生頻度評価のRHIR簡略系統図</p>	<p>第2図 PRAにおける起因事象発生頻度評価のRHIR簡略系統図</p>	<p>第2図 PRAにおける起因事象発生頻度評価のRHIR簡略系統図</p>	<p>相違理由</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第3図 有効性評価の漏えい想定範囲（破損又は誤開）対象電動弁</p> <p>原子炉格納容器内 ①漏えい箇所を想定（計器元弁は誤断を想定） ②破損または誤開（リークを想定していない）</p> <p>原子炉格納容器外 ③漏えい箇所を想定（計器元弁は誤断を想定） ④破損または誤開（リークを想定していない）</p> <p>事故発生後の漏えい想定範囲</p>	<p>第3図 有効性評価の漏えい想定範囲（破損又は誤開）対象電動弁</p> <p>原子炉格納容器内 ①漏えい箇所を想定（計器元弁は誤断を想定） ②破損または誤開（リークを想定していない）</p> <p>原子炉格納容器外 ③漏えい箇所を想定（計器元弁は誤断を想定） ④破損または誤開（リークを想定していない）</p> <p>事故発生後の漏えい想定範囲</p>	 <p>第3図 有効性評価の漏えい想定範囲（破損又は誤開）対象電動弁</p> <p>原子炉格納容器内 ①漏えい箇所を想定（計器元弁は誤断を想定） ②破損または誤開（リークを想定していない）</p> <p>原子炉格納容器外 ③漏えい箇所を想定（計器元弁は誤断を想定） ④破損または誤開（リークを想定していない）</p> <p>事故発生後の漏えい想定範囲</p>	<p>相違理由</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">添付2</p> <p>インターフェイスシステムLOCA (IS-LOCA) の発生頻度について</p> <p>1. IS-LOCAシナリオの評価 (1) 発生頻度の算出方法及び算出結果</p> <p>① IS-LOCAの想定</p> <p>IS-LOCAは、日本及び米国で発生経験がないため、原子炉格納容器を貫通し高圧設計部と低圧設計部のインターフェイスとなる配管のうち、弁の故障により低圧設計部が加圧され、その結果IS-LOCAになりうる配管を同定し、システム信頼性解析により発生頻度を算出している。</p> <p>② 日米のIS-LOCA発生頻度の相違</p> <p>今回実施したPRAでの発生頻度は3.0E-11であるが、NUREG-1935によれば、米国におけるIS-LOCAの発生頻度は1E-06～1E-08程度である。対象プラントの系統構成の違いにより、評価手法やデータによるIS-LOCAの発生頻度の直接の比較を行うことは難しいが、今回の評価よりも発生頻度は3～5桁程度高い。</p> <p>③ 米国の文献調査</p> <p>上記の発生頻度の相違理由を確認するため、米国の評価例として以下の文献について調査を実施した。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・NUREG/CR-5744 Assessment of IS-LOCA Risk-Methodology and Application to a Westinghouse Four-Loop Ice Condenser Plant ・NUREG-1935 State-of-the-Art Reactor Consequence Analyses (SOARCA)Report <p>(2) IS-LOCAの想定共通点</p> <p>上記の文献調査の結果、今回の評価と米国の評価の想定共通点は以下のとおり。</p> <p>① リーク量に応じて隔離弁の故障モードを想定</p> <p>小規模なリーク（50gpm以下）と大規模なリーク（300gpm以上）に分け、それぞれの故障確率を設定している。また、小規模なリークの場合、逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは生じないと想定している（NUREG-1935）。</p> <p>さらに、NUREG/CR-5744では、一つの内部リークの故障率を小規模なリークと大規模なリークに分け、大規模なリークの非信頼度は小規模なリークの1/10と仮定して評価を実施している。</p>		<p style="text-align: right;">添付2</p> <p>インターフェイスシステム LOCA (IS-LOCA) の発生頻度について</p> <p>1. IS-LOCAシナリオの評価 (1) 発生頻度の算出方法及び算出結果</p> <p>① IS-LOCAの想定</p> <p>IS-LOCAは、日本及び米国で発生経験がないため、原子炉格納容器を貫通し高圧設計部と低圧設計部のインターフェイスとなる配管のうち、弁の故障により低圧設計部が加圧され、その結果IS-LOCAになりうる配管を同定し、システム信頼性解析により発生頻度を算出している。</p> <p>② 日米のIS-LOCA発生頻度の相違</p> <p>今回実施したPRAでの発生頻度は3.0E-11であるが、NUREG-1935によれば、米国におけるIS-LOCAの発生頻度は1E-6～1E-8程度である。対象プラントの系統構成の違いにより、評価手法やデータによるIS-LOCAの発生頻度の直接の比較を行うことは難しいが、今回の評価よりも発生頻度は3～5桁程度高い。</p> <p>③ 米国の文献調査</p> <p>上記の発生頻度の相違理由を確認するため、米国の評価例として以下の文献について調査を実施した。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・NUREG/CR-5744 Assessment of IS-LOCA Risk-Methodology and Application to a Westinghouse Four-Loop Ice Condenser Plant ・NUREG-1935 State-of-the-Art Reactor Consequence Analyses (SOARCA)Report <p>(2) IS-LOCAの想定共通点</p> <p>上記の文献調査の結果、今回の評価と米国の評価の想定共通点は以下のとおり。</p> <p>① リーク量に応じて隔離弁の故障モードを想定</p> <p>小規模なリーク（50gpm以下）と大規模なリーク（300gpm以上）に分け、それぞれの故障確率を設定している。また、小規模なリークの場合、逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは生じないと想定している（NUREG-1935）。</p> <p>さらに、NUREG/CR-5744では、一つの内部リークの故障率を小規模なリークと大規模なリークに分け、大規模なリークの非信頼度は小規模なリークの1/10と仮定して評価を実施している。</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																													
<p>② 施錠した電動弁の取り扱い 電氣的にL.C（ロックローズ）とした電動弁の誤動作はないとして評価している。（NUREG/CR-5744）</p> <p>調査文献にはIS-LOCA発生頻度評価式までは報告されていないため、評価式の直接の比較はできないが、リーク量に応じて隔離弁の故障モードを分け、小規模なリークであれば逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは発生せず、大規模リークのみによってIS-LOCAが発生するとする基本的な考え方は、今回実施したPRAのIS-LOCA発生頻度評価で想定したシナリオと同等と考えられる。</p> <p>2. 日米個々の機器故障率を用いたIS-LOCA発生頻度の感度解析 IS-LOCAシナリオが同等であることから、相違の理由としては、使用している機器故障率の違いが考えられる。NUREG/CR-5744やNUREG-1935にはIS-LOCA発生頻度評価式は報告されていないが、発生頻度が機器故障率に支配されると推察されることから、ここでは、今回実施したPRAで適用しているIS-LOCA発生頻度式に米国の故障率データを当てはめた場合、発生頻度にどの程度差が生じるか感度解析を実施した。</p> <p>故障率データの違いによる感度を確認することを目的に、発生頻度の観点で支配的なIS-LOCAシナリオ「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」に着目し、今回実施したPRAで用いたIS-LOCA発生頻度評価手法に米国データ^{*1}を適用した条件での発生頻度評価を実施した。</p> <p style="text-align: center;">第1表 電動弁の故障率比較</p> <table border="1" data-bbox="91 1093 683 1173"> <thead> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>内部リーク（小）：P(V2)</td> <td>4.1E-09/hr</td> <td>1.67E-07/hr</td> </tr> <tr> <td>内部リーク（大）：P(V4)</td> <td>4.1E-10/hr</td> <td>3.34E-09/hr</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center;">第2表 逃がし弁の故障率比較</p> <table border="1" data-bbox="91 1220 683 1284"> <thead> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>開失敗：P(V5)</td> <td>1.4E-03/d</td> <td>2.47E-03/d</td> </tr> </tbody> </table> <p>大規模な内部リークを伴わないシナリオについては、RHR逃がし弁に期待できる。これより、「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」を起因としたIS-LOCAの頻度は、直列に並んだ2つの電動</p>	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr	内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d	<p>② 施錠した電動弁の取り扱い 電氣的にL.C（ロックローズ）とした電動弁の誤動作はないとして評価している。（NUREG/CR-5744）</p> <p>調査文献にはIS-LOCA発生頻度評価式までは報告されていないため、評価式の直接の比較はできないが、リーク量に応じて隔離弁の故障モードを分け、小規模なリークであれば逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは発生せず、大規模リークのみによってIS-LOCAが発生するとする基本的な考え方は、今回実施したPRAのIS-LOCA発生頻度評価で想定したシナリオと同等と考えられる。</p> <p>2. 日米個々の機器故障率を用いたIS-LOCA発生頻度の感度解析 IS-LOCAシナリオが同等であることから、相違の理由としては、使用している機器故障率の違いが考えられる。NUREG/CR-5744やNUREG-1935にはIS-LOCA発生頻度評価式は報告されていないが、発生頻度が機器故障率に支配されると推察されることから、ここでは、今回実施したPRAで適用しているIS-LOCA発生頻度式に米国の故障率データを当てはめた場合、発生頻度にどの程度差が生じるか感度解析を実施した。</p> <p>故障率データの違いによる感度を確認することを目的に、発生頻度の観点で支配的なIS-LOCAシナリオ「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」に着目し、今回実施したPRAで用いたIS-LOCA発生頻度評価手法に米国データ^{*1}を適用した条件での発生頻度評価を実施した。</p> <p style="text-align: center;">第1表 電動弁の故障率比較</p> <table border="1" data-bbox="1305 1093 1897 1173"> <thead> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>内部リーク（小）：P(V2)</td> <td>4.1E-09/hr</td> <td>1.67E-07/hr</td> </tr> <tr> <td>内部リーク（大）：P(V4)</td> <td>4.1E-10/hr</td> <td>3.34E-09/hr</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center;">第2表 逃がし弁の故障率比較</p> <table border="1" data-bbox="1305 1220 1897 1284"> <thead> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>開失敗：P(V5)</td> <td>1.4E-03/d</td> <td>2.47E-03/d</td> </tr> </tbody> </table> <p>大規模な内部リークを伴わないシナリオについては、RHR逃がし弁に期待できる。これより、「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」を起因としたIS-LOCAの頻度は、直列に並んだ2つの電動</p>	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr	内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d	<p>② 施錠した電動弁の取り扱い 電氣的にL.C（ロックローズ）とした電動弁の誤動作はないとして評価している。（NUREG/CR-5744）</p> <p>調査文献にはIS-LOCA発生頻度評価式までは報告されていないため、評価式の直接の比較はできないが、リーク量に応じて隔離弁の故障モードを分け、小規模なリークであれば逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは発生せず、大規模リークのみによってIS-LOCAが発生するとする基本的な考え方は、今回実施したPRAのIS-LOCA発生頻度評価で想定したシナリオと同等と考えられる。</p> <p>2. 日米個々の機器故障率を用いたIS-LOCA発生頻度の感度解析 IS-LOCAシナリオが同等であることから、相違の理由としては、使用している機器故障率の違いが考えられる。NUREG/CR-5744やNUREG-1935にはIS-LOCA発生頻度評価式は報告されていないが、発生頻度が機器故障率に支配されると推察されることから、ここでは、今回実施したPRAで適用しているIS-LOCA発生頻度式に米国の故障率データを当てはめた場合、発生頻度にどの程度差が生じるか感度解析を実施した。</p> <p>故障率データの違いによる感度を確認することを目的に、発生頻度の観点で支配的なIS-LOCAシナリオ「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」に着目し、今回実施したPRAで用いたIS-LOCA発生頻度評価手法に米国データ^{*1}を適用した条件での発生頻度評価を実施した。</p> <p style="text-align: center;">第1表 電動弁の故障率比較</p> <table border="1" data-bbox="1305 1093 1897 1173"> <thead> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>内部リーク（小）：P(V2)</td> <td>4.1E-09/hr</td> <td>1.67E-07/hr</td> </tr> <tr> <td>内部リーク（大）：P(V4)</td> <td>4.1E-10/hr</td> <td>3.34E-09/hr</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center;">第2表 逃がし弁の故障率比較</p> <table border="1" data-bbox="1305 1220 1897 1284"> <thead> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>開失敗：P(V5)</td> <td>1.4E-03/d</td> <td>2.47E-03/d</td> </tr> </tbody> </table> <p>大規模な内部リークを伴わないシナリオについては、RHR逃がし弁に期待できる。これより、「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」を起因としたIS-LOCAの頻度は、直列に並んだ2つの電動</p>	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr	内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d	<p>相違理由</p>
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																														
内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr																																														
内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr																																														
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																														
開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d																																														
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																														
内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr																																														
内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr																																														
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																														
開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d																																														
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																														
内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr																																														
内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr																																														
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																														
開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d																																														

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																										
<p>弁の故障及び逃がし安全弁の開失敗で求めることができ、それぞれの頻度は次の通りに求められる。</p> <p>その結果、米国のほうが2～3桁高い頻度となっている。</p> <p>すなわち、日米のIS-LOCA発生頻度の違いの主たる要因は機器故障率の違いによるものと考えることができる。</p> <p><u>計算式：P3=2×(P(V4)2+P(V2)2×P(V5)+2×P(V2)×P(V4)×P(V5))</u></p> <p>第3表 IS-LOCA発生頻度の比較</p> <table border="1" data-bbox="71 475 689 531"> <thead> <tr> <th></th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{※1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>IS-LOCA発生頻度：P3</td> <td>3.0E-11/年</td> <td>1.3E-08/年</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1：“Industry-Average Performance for Components and Initiating Events at U.S.Commercial Nuclear Power Plants”，NUREG/CR-6928, US NRC, 2007年2月</p> <p>(参考) 機器故障率について</p> <p>感度解析に用いた電動弁、逃がし弁の故障率の算出に用いたデータ諸元（故障件数、集計期間）を以下に示す。機器故障率は国内、米国とも生データをもとに統計処理をしていることから、その詳細や差異への影響分析は困難であるが、生データの相違がほぼ機器故障率の相違となっていると推察される。</p> <p>また、これら国内、米国の故障件数の相違は保全方法の相違等が要因ではないかと考えられる。</p> <p>第4表 電動弁故障率のデータ諸元</p> <table border="1" data-bbox="71 1082 689 1185"> <thead> <tr> <th>内部リーク</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>故障件数(件)</td> <td>1</td> <td>87.5[※]</td> </tr> <tr> <td>運転実績時間(h)</td> <td>9.1E+08</td> <td>5.3E+08</td> </tr> <tr> <td>集計期間等</td> <td>1982年度～2002年度の49基データ</td> <td>1997年～2004年の103基データ</td> </tr> </tbody> </table> <p>※不確実さを有する事例については0.5件としている。</p> <p>第5表 逃がし弁故障率のデータ諸元</p> <table border="1" data-bbox="71 1289 689 1393"> <thead> <tr> <th>開失敗</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>故障件数(件)</td> <td>0</td> <td>18</td> </tr> <tr> <td>デマンド回数(回)</td> <td>1315</td> <td>7393</td> </tr> <tr> <td>集計期間等</td> <td>1982年度～2002年度の49基データ</td> <td>1997年～2004年の103基データ</td> </tr> </tbody> </table>		今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{※1}	IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年	内部リーク	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928	故障件数(件)	1	87.5 [※]	運転実績時間(h)	9.1E+08	5.3E+08	集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ	開失敗	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928	故障件数(件)	0	18	デマンド回数(回)	1315	7393	集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ	<p>弁の故障及び逃がし安全弁の開失敗で求めることができ、それぞれの頻度は次の通りに求められる。</p> <p>その結果、米国のほうが2～3桁高い頻度となっている。</p> <p>すなわち、日米のIS-LOCA発生頻度の違いの主たる要因は機器故障率の違いによるものと考えることができる。</p> <p><u>計算式：P3=2×(P(V4)2+P(V2)2×P(V5)+2×P(V2)×P(V4)×P(V5))</u></p> <p>第3表 IS-LOCA発生頻度の比較</p> <table border="1" data-bbox="689 475 1294 531"> <thead> <tr> <th></th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{※1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>IS-LOCA発生頻度：P3</td> <td>3.0E-11/年</td> <td>1.3E-08/年</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1：“Industry-Average Performance for Components and Initiating Events at U.S.Commercial Nuclear Power Plants”，NUREG/CR-6928, US NRC, 2007年2月</p> <p>(参考) 機器故障率について</p> <p>感度解析に用いた電動弁、逃がし弁の故障率の算出に用いたデータ諸元（故障件数、集計期間）を以下に示す。機器故障率は国内、米国とも生データをもとに統計処理をしていることから、その詳細や差異への影響分析は困難であるが、生データの相違がほぼ機器故障率の相違となっていると推察される。</p> <p>また、これら国内、米国の故障件数の相違は保全方法の相違等が要因ではないかと考えられる。</p> <p>第4表 電動弁故障率のデータ諸元</p> <table border="1" data-bbox="689 1082 1294 1185"> <thead> <tr> <th>内部リーク</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>故障件数(件)</td> <td>1</td> <td>87.5[※]</td> </tr> <tr> <td>運転実績時間(h)</td> <td>9.1E+08</td> <td>5.3E+08</td> </tr> <tr> <td>集計期間等</td> <td>1982年度～2002年度の49基データ</td> <td>1997年～2004年の103基データ</td> </tr> </tbody> </table> <p>※不確実さを有する事例については0.5件としている。</p> <p>第5表 逃がし弁故障率のデータ諸元</p> <table border="1" data-bbox="689 1289 1294 1393"> <thead> <tr> <th>開失敗</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>故障件数(件)</td> <td>0</td> <td>18</td> </tr> <tr> <td>デマンド回数(回)</td> <td>1315</td> <td>7393</td> </tr> <tr> <td>集計期間等</td> <td>1982年度～2002年度の49基データ</td> <td>1997年～2004年の103基データ</td> </tr> </tbody> </table>		今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{※1}	IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年	内部リーク	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928	故障件数(件)	1	87.5 [※]	運転実績時間(h)	9.1E+08	5.3E+08	集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ	開失敗	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928	故障件数(件)	0	18	デマンド回数(回)	1315	7393	集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ	<p>弁の故障及び逃がし安全弁の開失敗で求めることができ、それぞれの頻度は次の通りに求められる。</p> <p>その結果、米国のほうが2～3桁高い頻度となっている。</p> <p>すなわち、日米のIS-LOCA発生頻度の違いの主たる要因は機器故障率の違いによるものと考えることができる。</p> <p><u>計算式：P3=2×(P(V4)2+P(V2)2×P(V5)+2×P(V2)×P(V4)×P(V5))</u></p> <p>第3表 IS-LOCA発生頻度の比較</p> <table border="1" data-bbox="1294 475 1906 531"> <thead> <tr> <th></th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{※1}</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>IS-LOCA発生頻度：P3</td> <td>3.0E-11/年</td> <td>1.3E-08/年</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1：“Industry-Average Performance for Components and Initiating Events at U.S.Commercial Nuclear Power Plants”，NUREG/CR-6928, US NRC, 2007年2月</p> <p>(参考) 機器故障率について</p> <p>感度解析に用いた電動弁、逃がし弁の故障率の算出に用いたデータ諸元（故障件数、集計期間）を以下に示す。機器故障率は国内、米国とも生データをもとに統計処理をしていることから、その詳細や差異への影響分析は困難であるが、生データの相違がほぼ機器故障率の相違となっていると推察される。</p> <p>また、これら国内、米国の故障件数の相違は保全方法の相違等が要因ではないかと考えられる。</p> <p>第4表 電動弁故障率のデータ諸元</p> <table border="1" data-bbox="1294 1082 1906 1185"> <thead> <tr> <th>内部リーク</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>故障件数(件)</td> <td>1</td> <td>87.5[※]</td> </tr> <tr> <td>運転実績時間(h)</td> <td>9.1E+08</td> <td>5.3E+08</td> </tr> <tr> <td>集計期間等</td> <td>1982年度～2002年度の49基データ</td> <td>1997年～2004年の103基データ</td> </tr> </tbody> </table> <p>※不確実さを有する事例については0.5件としている。</p> <p>第5表 逃がし弁故障率のデータ諸元</p> <table border="1" data-bbox="1294 1289 1906 1393"> <thead> <tr> <th>開失敗</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>故障件数(件)</td> <td>0</td> <td>18</td> </tr> <tr> <td>デマンド回数(回)</td> <td>1315</td> <td>7393</td> </tr> <tr> <td>集計期間等</td> <td>1982年度～2002年度の49基データ</td> <td>1997年～2004年の103基データ</td> </tr> </tbody> </table>		今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{※1}	IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年	内部リーク	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928	故障件数(件)	1	87.5 [※]	運転実績時間(h)	9.1E+08	5.3E+08	集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ	開失敗	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928	故障件数(件)	0	18	デマンド回数(回)	1315	7393	集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ	<p>相違理由</p>
	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{※1}																																																																																											
IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年																																																																																											
内部リーク	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928																																																																																											
故障件数(件)	1	87.5 [※]																																																																																											
運転実績時間(h)	9.1E+08	5.3E+08																																																																																											
集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ																																																																																											
開失敗	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928																																																																																											
故障件数(件)	0	18																																																																																											
デマンド回数(回)	1315	7393																																																																																											
集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ																																																																																											
	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{※1}																																																																																											
IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年																																																																																											
内部リーク	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928																																																																																											
故障件数(件)	1	87.5 [※]																																																																																											
運転実績時間(h)	9.1E+08	5.3E+08																																																																																											
集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ																																																																																											
開失敗	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928																																																																																											
故障件数(件)	0	18																																																																																											
デマンド回数(回)	1315	7393																																																																																											
集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ																																																																																											
	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{※1}																																																																																											
IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年																																																																																											
内部リーク	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928																																																																																											
故障件数(件)	1	87.5 [※]																																																																																											
運転実績時間(h)	9.1E+08	5.3E+08																																																																																											
集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ																																																																																											
開失敗	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928																																																																																											
故障件数(件)	0	18																																																																																											
デマンド回数(回)	1315	7393																																																																																											
集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ																																																																																											

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足 1 2</p> <p><u>インターフェイスシステムLOCAの発生頻度の算出方法について</u></p> <p>1. 有効性評価とPRA評価の考え方の相違 PRAは幅広く破損を想定し、その影響を評価するものであることから種々の破損を想定して評価を実施している。一方、有効性評価は確からしい破損規模を算定し、これに特化して炉心の健全性を評価したものである。したがって、それぞれの目的に応じて適切に評価しているものと考え、隔離弁（電動弁）の誤開という故障モードをPRAでは考慮していないが、有効性評価では考慮している等相違点があることを確認している（添付1）。また、海外PRAのインターフェイスシステムLOCAと比較検討した結果、発生頻度が2～3桁低いことを確認している（添付2）。</p> <p>2. 有効性評価と整合させた場合の発生頻度評価について インターフェイスシステムLOCA発生頻度について、発生条件を有効性評価と整合させた場合について、感度解析として以下のとおり実施した。結果として、現状のPRAの評価結果に有意な影響は及ぼさない。</p> <p>インターフェイスシステムLOCAは以下の条件のうちいずれかにより発生すると考えられる。なお、電動弁及び逆止弁の破損はそれぞれのリークに含まれるものとする。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リーク ② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの</p>	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.b-14</p> <p><u>ISLOCA発生頻度の海外との差について</u></p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.b-14</p> <p><u>インターフェイスシステムLOCAの発生頻度の算出方法について</u></p> <p>1. 有効性評価とPRA評価の考え方の相違 PRAは幅広く破損を想定し、その影響を評価するものであることから種々の破損を想定して評価を実施している。一方、有効性評価は確からしい破損規模を算定し、これに特化して炉心の健全性を評価したものである。したがって、それぞれの目的に応じて適切に評価しているものと考え、隔離弁（電動弁）の誤開という故障モードをPRAでは考慮していないが、有効性評価では考慮している等相違点があることを確認している（添付1）。また、海外PRAのインターフェイスシステムLOCAと比較検討した結果、発生頻度が2～3桁低いことを確認している（添付2）。</p> <p>2. 有効性評価と整合させた場合の発生頻度評価について インターフェイスシステムLOCA発生頻度について、発生条件を有効性評価と整合させた場合について、感度解析として以下のとおり実施した。結果として、現状のPRAの評価結果に有意な影響は及ぼさない。</p> <p>インターフェイスシステムLOCAは以下の条件のうちいずれかにより発生すると考えられる。なお、電動弁及び逆止弁の破損はそれぞれのリークに含まれるものとする。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リーク ② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料構成の相違 ・泊は補足 3.1.1.b-14 に海外のインターフェイスシステムLOCAの発生頻度との相違に関する記載を含めている（大飯と同様） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・泊は感度解析として、発生条件を有効性評価と整合させた場合の解析を実施しており、女川に記載がないため1.及び2.は大飯と比較するが、比較内容については女川の別紙 3.1.1.b-13 との比較表に記載しているため本資料では比較内容を示していない。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>逆止弁、電動弁それぞれのリークの発生頻度は、機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リーク：7.1E-9/h 電動弁リーク：4.1E-9/h <p>また、電動弁の誤開については、同じく機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 電動弁の誤開：2.5E-9/h である。 <p>である。</p> <p>このライン上の各弁の使命時間を出力運転期間の1年とすると、弁のリーク/誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1)：6.2E-5 (=7.1E-9×24×365) 電動弁リークP(V2)：3.6E-5 (=4.1E-9×24×365) 電動弁の誤開P(V3)：2.2E-5 (=2.5E-9×24×365) <p>電動弁の誤開については、中央制御室にて1回/日で電動弁の開閉状態を確認しているため、電動弁誤開後に直列に並ぶ2つ目の電動弁等の誤開、リークが24時間以内に発生する確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1')：8.5E-8/d (=7.1E-9×24÷2) 電動弁リークP(V2')：4.9E-8/d (=4.1E-9×24÷2) 電動弁の誤開P(V3')：3.0E-8/d (=2.5E-9×24÷2) <p>また、弁のリークが発生後、1年の使命時間内にそれ以外の弁のリーク/誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1'')：3.1E-5/d (=7.1E-9×24×365÷2) 電動弁リークP(V2'')：1.8E-5/d (=4.1E-9×24×365÷2) 電動弁の誤開P(V3'')：1.1E-5/d (=2.5E-9×24×365÷2) <p>これらの発生確率を用いて、①～③の場合における発生頻度を算出すると以下の通りとなる。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークの場合 低温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁が同時に内部リークする場合である。図の青字で示した通り、逆止弁の内部リークによってLOCAに至る経路は8通りあることから、発生頻度P(1)は、</p>	<p>電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>逆止弁、電動弁それぞれのリークの発生頻度は、機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リーク：7.1E-9/h 電動弁リーク：4.1E-9/h <p>また、電動弁の誤開については、同じく機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 電動弁の誤開：2.5E-9/h である。 <p>である。</p> <p>このライン上の各弁の使命時間を出力運転期間の1年とすると、弁のリーク/誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1)：6.2E-5 (=7.1E-9×24×365) 電動弁リークP(V2)：3.6E-5 (=4.1E-9×24×365) 電動弁の誤開P(V3)：2.2E-5 (=2.5E-9×24×365) <p>電動弁の誤開については、中央制御室にて1回/日で電動弁の開閉状態を確認しているため、電動弁誤開後に直列に並ぶ2つ目の電動弁等の誤開、リークが24時間以内に発生する確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1')：8.5E-8/d (=7.1E-9×24÷2) 電動弁リークP(V2')：4.9E-8/d (=4.1E-9×24÷2) 電動弁の誤開P(V3')：3.0E-8/d (=2.5E-9×24÷2) <p>また、弁のリークが発生後、1年の使命時間内にそれ以外の弁のリーク/誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1'')：3.1E-5/d (=7.1E-9×24×365÷2) 電動弁リークP(V2'')：1.8E-5/d (=4.1E-9×24×365÷2) 電動弁の誤開P(V3'')：1.1E-5/d (=2.5E-9×24×365÷2) <p>これらの発生確率を用いて、①～③の場合における発生頻度を算出すると以下の通りとなる。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークの場合 低温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁が同時に内部リークする場合である。図の青字で示した通り、逆止弁の内部リークによってLOCAに至る経路は6通りあることから、発生頻度P(1)は、</p>	<p>電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開</p> <p>逆止弁、電動弁それぞれのリークの発生頻度は、機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リーク：7.1E-9/h 電動弁リーク：4.1E-9/h <p>また、電動弁の誤開については、同じく機器故障率データより、</p> <ul style="list-style-type: none"> 電動弁の誤開：2.5E-9/h である。 <p>である。</p> <p>このライン上の各弁の使命時間を出力運転期間の1年とすると、弁のリーク/誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1)：6.2E-5 (=7.1E-9×24×365) 電動弁リークP(V2)：3.6E-5 (=4.1E-9×24×365) 電動弁の誤開P(V3)：2.2E-5 (=2.5E-9×24×365) <p>電動弁の誤開については、中央制御室にて1回/日で電動弁の開閉状態を確認しているため、電動弁誤開後に直列に並ぶ2つ目の電動弁等の誤開、リークが24時間以内に発生する確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1')：8.5E-8/d (=7.1E-9×24÷2) 電動弁リークP(V2')：4.9E-8/d (=4.1E-9×24÷2) 電動弁の誤開P(V3')：3.0E-8/d (=2.5E-9×24÷2) <p>また、弁のリークが発生後、1年の使命時間内にそれ以外の弁のリーク/誤開の発生確率は次の通り算出される。</p> <ul style="list-style-type: none"> 逆止弁リークP(V1'')：3.1E-5/d (=7.1E-9×24×365÷2) 電動弁リークP(V2'')：1.8E-5/d (=4.1E-9×24×365÷2) 電動弁の誤開P(V3'')：1.1E-5/d (=2.5E-9×24×365÷2) <p>これらの発生確率を用いて、①～③の場合における発生頻度を算出すると以下の通りとなる。</p> <p>① 低温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークの場合 低温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁が同時に内部リークする場合である。図の青字で示した通り、逆止弁の内部リークによってLOCAに至る経路は6通りあることから、発生頻度P(1)は、</p>	<p>相違理由</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>$P(1) = 8 \times (P(V1))^3 = 1.9E-12$ (／炉年)</p> <p>② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの電動弁の内部リーク又は誤開の場合 高温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁と1つの電動弁（通常時閉）の同時リーク又は電動弁の誤開である。図の緑字で示した通り、この条件でLOCAに至る経路は4通りあることから、発生頻度P(2)は、以下の通り算出される。</p> <p>(i) 3つの弁全てがリークする場合 $P2 = 4 \times P(V1)^3 \times P(V2) = 3.5E-17$ (／炉年)</p> <p>(ii) 3つの逆止弁でリークが発生し、その後1年以内に電動弁が誤開する場合 $P2' = 4 \times P(V1')^3 \times P(V3) = 2.6E-18$ (／炉年)</p> <p>(iii) 2つの逆止弁でリークが発生した後に電動弁が誤開し、その後24時間以内に残り1つの逆止弁がリークする場合。 $P2'' = 4 \times 3 \times P(V1'')^2 \times P(V1') \times P(V3) = 2.2E-20$ (／炉年)</p> <p>注) 電動弁が1番目、2番目に誤開する可能性もあるが、いずれの場合も極めて低い発生頻度と考えられるため評価に含めない。</p> <p>以上から、$P(2) = P2 + P2' + P2'' = 3.7E-17$ (／炉年)</p> <p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開 余熱除去ポンプ吸込側でインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、2つの直列な電動弁がリーク又は誤開する場合である。図の赤字で示した通り、この条件でLOCAに至る経路は2通りあることから、発生頻度P(3)は以下の通り算出される。</p> <p>(i) 2つの電動弁がリークする確率P3 $P3 = 2 \times P(V2)^2 = 2.6E-9$ (／炉年)</p> <p>(ii) 1つの電動弁がリークした後に残り1つの電動弁が1年以内に誤開する確率P3' $P3' = 2 \times P(V2) \times P(V3') = 7.9E-10$ (／炉年)</p> <p>(iii) 1つの電動弁が誤開した後に残り1つの電動弁が24時間以内にリークする確率P3'' $P3'' = 2 \times P(V3) \times P(V2') = 2.2E-12$ (／炉年)</p> <p>以上から、$P(3) = P3 + P3' + P3'' = 3.4E-9$ (／炉年)</p>		<p>$P(1) = 6 \times (P(V1))^3 = 1.4E-12$ (／炉年)</p> <p>② 高温側注入ラインにある3つの逆止弁の内部リークと1つの電動弁の内部リーク又は誤開の場合 高温側注入ラインでインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、3つの直列な逆止弁と1つの電動弁（通常時閉）の同時リーク又は電動弁の誤開である。図の緑字で示した通り、この条件でLOCAに至る経路は4通りあることから、発生頻度P(2)は、以下の通り算出される。</p> <p>(i) 4つの弁全てがリークする場合 $P2 = 4 \times P(V1)^3 \times P(V2) = 3.5E-17$ (／炉年)</p> <p>(ii) 3つの逆止弁でリークが発生し、その後1年以内に電動弁が誤開する場合 $P2' = 4 \times P(V1'')^3 \times P(V3) = 2.6E-18$ (／炉年)</p> <p>(iii) 2つの逆止弁でリークが発生した後に電動弁が誤開し、その後24時間以内に残り1つの逆止弁がリークする場合。 $P2'' = 4 \times 3 \times P(V1'')^2 \times P(V1') \times P(V3) = 2.2E-20$ (／炉年)</p> <p>注) 電動弁が1番目、2番目に誤開する可能性もあるが、いずれの場合も極めて低い発生頻度と考えられるため評価に含めない。</p> <p>以上から、$P(2) = P2 + P2' + P2'' = 3.7E-17$ (／炉年)</p> <p>③ 余熱除去ポンプの吸込側にある2つの電動弁の内部リーク又は誤開 余熱除去ポンプ吸込側でインターフェイスシステムLOCAが発生する条件は、2つの直列な電動弁がリーク又は誤開する場合である。図の赤字で示した通り、この条件でLOCAに至る経路は2通りあることから、発生頻度P(3)は以下の通り算出される。</p> <p>(i) 2つの電動弁がリークする確率P3 $P3 = 2 \times P(V2)^2 = 2.6E-9$ (／炉年)</p> <p>(ii) 1つの電動弁がリークした後に残り1つの電動弁が1年以内に誤開する確率P3' $P3' = 2 \times P(V2) \times P(V3') = 7.9E-10$ (／炉年)</p> <p>(iii) 1つの電動弁が誤開した後に残り1つの電動弁が24時間以内にリークする確率P3'' $P3'' = 2 \times P(V3) \times P(V2') = 2.2E-12$ (／炉年)</p> <p>以上から、$P(3) = P3 + P3' + P3'' = 3.4E-9$ (／炉年)</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>①、②、③より、インターフェイスシステムLOCAの発生頻度は3.4E-9（/炉年）となる。</p> <p>以上から、現状のPRAで評価している発生頻度（3.0E-11/炉年）と比較した場合、発生頻度は約2オーダー上昇するものの、全炉心損傷頻度（6.4E-5/炉年）に占める寄与割合を考慮した場合、有意な影響は及ぼさないと考えられる。一方で、事象が発生した場合、格納容器をバイパスして放射性物質が環境へ放出される可能性があることから、漏えい箇所の隔離に失敗した場合の対策としてクールダウンアンドリサーキュレーションを整備し、その有効性を確認している。</p> <p>なお、PRAと有効性評価との整合等の観点から、海外におけるインターフェイスシステムLOCAの評価状況も参考に、今後の安全性向上評価におけるPRA評価において整合を図っていく予定である。</p>		<p>①、②、③より、インターフェイスシステムLOCAの発生頻度は3.4E-9（/炉年）となる。</p> <p>以上から、現状のPRAで評価している発生頻度（3.0E-11/炉年）と比較した場合、発生頻度は約2オーダー上昇するものの、全炉心損傷頻度（2.3E-4/炉年）に占める寄与割合を考慮した場合、有意な影響は及ぼさないと考えられる。一方で、事象が発生した場合、格納容器をバイパスして放射性物質が環境へ放出される可能性があることから、漏えい箇所の隔離に失敗した場合の対策としてクールダウンアンドリサーキュレーションを整備し、その有効性を確認している。</p> <p>なお、PRAと有効性評価との整合等の観点から、海外におけるインターフェイスシステムLOCAの評価状況も参考に、今後の安全性向上評価におけるPRA評価において整合を図っていく予定である。</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>原子炉格納容器内 原子炉格納容器外 原子炉格納容器内</p> <p>① 逆止弁のリーク ② 逆止弁及び電動弁のリーク又は誤開</p> <p>第1図 有効性評価と整合させた起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>第1図 有効性評価と整合させた起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>原子炉格納容器内 原子炉格納容器外 原子炉格納容器内</p> <p>① 逆止弁のリーク ② 逆止弁及び電動弁のリーク又は誤開</p> <p>第1図 有効性評価と整合させた起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>相違理由</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシスグループ及び重要事故シナシス等の選定について
補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

Main comparison table with columns for '大飯発電所3/4号炉', '女川原子力発電所2号炉', '泊発電所3号炉', and '相違理由'. Includes sub-tables for '有効性評価' and '相違理由' with detailed technical descriptions and comparison points.

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>大飯発電所3/4号炉</p> <p>第2図 PRAにおける起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>女川原子力発電所2号炉</p> <p>第2図 PRAにおける起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>泊発電所3号炉</p> <p>第2図 PRAにおける起因事象発生頻度評価のRHR簡略系統図</p>	<p>相違理由</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第3図 有効性評価の漏えい想定範囲及び破損(破損又は誤開)対象電動弁</p>	<p>第3図 有効性評価の漏えい想定範囲及び破損(破損又は誤開)対象電動弁</p>	<p>第3図 有効性評価の漏えい想定範囲及び破損(破損又は誤開)対象電動弁</p>	<p>相違理由</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">添付2</p> <p>インターフェイスシステムLOCA (IS-LOCA) の発生頻度について</p> <p>1. IS-LOCAシナリオの評価 (1) 発生頻度の算出方法及び算出結果</p> <p>① IS-LOCAの想定</p> <p>IS-LOCAは、日本及び米国で発生経験がないため、原子炉格納容器を貫通し高圧設計部と低圧設計部のインターフェイスとなる配管のうち、弁の故障により低圧設計部が加圧され、その結果IS-LOCAになりうる配管を同定し、システム信頼性解析により発生頻度を算出している。</p> <p>② 日米のIS-LOCA発生頻度の相違</p> <p>今回実施したPRAでの発生頻度は3.0E-11であるが、NUREG-1935によれば、米国におけるIS-LOCAの発生頻度は1E-06～1E-08程度である。対象プラントの系統構成の違いにより、評価手法やデータによるIS-LOCAの発生頻度の直接の比較を行うことは難しいが、今回の評価よりも発生頻度は3～5桁程度高い。</p> <p>③ 米国の文献調査</p> <p>上記の発生頻度の相違理由を確認するため、米国の評価例として以下の文献について調査を実施した。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・NUREG/CR-5744 Assessment of IS-LOCA Risk-Methodology and Application to a Westinghouse Four-Loop Ice Condenser Plant ・NUREG-1935 State-of-the-Art Reactor Consequence Analyses (SOARCA)Report <p>(2) IS-LOCAの想定共通点</p> <p>上記の文献調査の結果、今回の評価と米国の評価の想定共通点は以下のとおり。</p> <p>① リーク量に応じて隔離弁の故障モードを想定 小規模なリーク (50gpm以下) と大規模なリーク (300gpm以上)</p>	<p style="text-align: right;">添付2</p> <p>ISLOCAの評価に関する海外との差異について、NUREG/CR-5928 (ISLOCA ResearchProgram) と比較した。</p> <p>NUREG/CR-5928におけるISLOCA評価について、以下に示す。</p> <p>1. NUREG/CR-5928におけるISLOCA評価の概要</p> <p>NUREG/CR-5928では、米国のBWR4プラントを対象とした評価を実施している。</p> <p>(1) 評価結果</p> <p>対象非常用炉心冷却系配管のISLOCA発生頻度</p> <ul style="list-style-type: none"> ・RCIC, HPCI : 発生頻度が非常に小さいため評価対象外 ・CS : 1.7E-09/y ・LPCI注入配管 : 2.7E-08/y ・SHC吸込み配管 : 3.7E-08/y <p>(2) 評価手法</p> <p>RHRのSHC吸込み配管についての評価例 (図1参照)</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧部への加圧の発生頻度 $= (F009内部破損 + F608内部破損) \times F008内部破損$ $= (1E-07/h + 1E-07/h) \times 1E-07/h \times 8760 \text{ h/2} \times 8760 \text{ h/y}$ $= 7.7E-07/y$ ・F006の電動弁について、開状態と閉状態について各々50%の確率と仮定しており、これにもとづき、ISLOCAの発生頻度は以下のよう評価している。 $ISLOCAの発生頻度 = 低圧部への加圧の発生頻度 \times 配管破損確率$ $7.7E-07/y \times (0.5 \times 0.074^{**} + 0.5 \times 0.023^{**})$ $= 3.7E-08/y$ <p>※ 24インチ口径配管破損確率: 0.074, 20インチ口径配管破損確率: 0.023</p> <p>2. 本評価におけるISLOCA評価の概要</p> <p>本評価では、ISLOCAの評価を以下のように実施している。</p> <p>(1) 評価結果</p> <p>a. 対象非常用炉心冷却系配管のISLOCA発生頻度 (高圧配管)</p>	<p style="text-align: right;">添付2</p> <p>インターフェイスシステムLOCA (IS-LOCA) の発生頻度について</p> <p>1. IS-LOCAシナリオの評価 (1) 発生頻度の算出方法及び算出結果</p> <p>① IS-LOCAの想定</p> <p>IS-LOCAは、日本及び米国で発生経験がないため、原子炉格納容器を貫通し高圧設計部と低圧設計部のインターフェイスとなる配管のうち、弁の故障により低圧設計部が加圧され、その結果IS-LOCAになりうる配管を同定し、システム信頼性解析により発生頻度を算出している。</p> <p>② 日米のIS-LOCA発生頻度の相違</p> <p>今回実施したPRAでの発生頻度は3.0E-11であるが、NUREG-1935によれば、米国におけるIS-LOCAの発生頻度は1E-6～1E-8程度である。対象プラントの系統構成の違いにより、評価手法やデータによるIS-LOCAの発生頻度の直接の比較を行うことは難しいが、今回の評価よりも発生頻度は3～5桁程度高い。</p> <p>③ 米国の文献調査</p> <p>上記の発生頻度の相違理由を確認するため、米国の評価例として以下の文献について調査を実施した。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・NUREG/CR-5744 Assessment of IS-LOCA Risk-Methodology and Application to a Westinghouse Four-Loop Ice Condenser Plant ・NUREG-1935 State-of-the-Art Reactor Consequence Analyses (SOARCA)Report <p>(2) IS-LOCAの想定共通点</p> <p>上記の文献調査の結果、今回の評価と米国の評価の想定共通点は以下のとおり。</p> <p>① リーク量に応じて隔離弁の故障モードを想定 小規模なリーク (50gpm以下) と大規模なリーク (300gpm以上)</p>	<p>【女川】</p> <p>■記載内容の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> ・IS-LOCAの発生頻度について海外と比較をしている点は同様だが、資料構成や炉型の相違により記載内容が異なるため、添付2は大飯と比較する(着色せず)。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>に分け、それぞれの故障確率を設定している。また、小規模なリークの場合、逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは生じないと想定している（NUREG-1935）。</p> <p>さらに、NUREG/CR-5744では、一つの内部リークの故障率を小規模なリークと大規模なリークに分け、大規模なリークの非信頼度は小規模なリークの1/10と仮定して評価を実施している。</p> <p>② 施錠した電動弁の取り扱い</p> <p>電氣的にL.C（ロックローズ）とした電動弁の誤動作はないとして評価している。（NUREG/CR-5744）</p> <p>調査文献にはIS-LOCA発生頻度評価式までは報告されていないため、評価式の直接の比較はできないが、リーク量に応じて隔離弁の故障モードを分け、小規模なリークであれば逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは発生せず、大規模リークのみによってIS-LOCAが発生するとする基本的な考え方は、今回実施したPRAのIS-LOCA発生頻度評価で想定したシナリオと同等と考えられる。</p> <p>2. 日米個々の機器故障率を用いたIS-LOCA発生頻度の感度解析</p> <p>IS-LOCAシナリオが同等であることから、相違の理由としては、使用している機器故障率の違いが考えられる。NUREG/CR-5744やNUREG-1935にはIS-LOCA発生頻度評価式は報告されていないが、発生頻度が機器故障率に支配されると推察されることから、ここでは、今回実施したPRAで適用しているIS-LOCA発生頻度式に米国の故障率データを当てはめた場合、発生頻度にどの程度差が生じるか感度解析を実施した。</p> <p>故障率データの違いによる感度を確認することを目的に、発生頻度の観点で支配的なIS-LOCAシナリオ「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」に着目し、今回実施したPRAで用いたIS-LOCA発生頻度評価手法に米国データ*1を適用した条件での発生頻度評価を実施した。</p>	<p>・原子炉隔離時冷却系：発生頻度が非常に小さいため評価対象外</p> <p>・高圧炉心スプレイ系：1.9E-08/y （低圧配管）</p> <p>・低圧炉心スプレイ系：1.9E-08/y</p> <p>・低圧注水系注入配管：5.6E-08/y</p> <p>・残留熱除去系原子炉停止時冷却モード戻り管：7.2E-10/y</p> <p>・残留熱除去系原子炉停止時冷却モード吸込み配管：7.2E-10/y</p> <p>（2）評価手法</p> <p>残留熱除去系の原子炉停止時冷却モード吸込み配管についてのISLOCA発生頻度の評価例（図2参照）</p> <div data-bbox="703 587 1288 742" style="border: 1px solid black; height: 97px; width: 261px;"></div> <p>・低圧部への加圧が発生した場合の配管の破損確率はNUREG/CR-5124を参考に、保守的に0.1/dと設定した。残留熱除去系のSHC吸込み配管のISLOCAの発生頻度は以下のように評価している。</p> <div data-bbox="703 847 1151 890" style="border: 1px solid black; height: 27px; width: 199px;"></div> <p style="text-align: center;">枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p> <p>3. ISLOCA評価に関するNUREG/CR-5928との比較</p> <p>1. 及び2. で示したとおり、評価手法は同様であるが表1に示すパラメータの相違により、ISLOCA発生頻度の差になったものと考えられる。</p>	<p>に分け、それぞれの故障確率を設定している。また、小規模なリークの場合、逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは生じないと想定している（NUREG-1935）。</p> <p>さらに、NUREG/CR-5744では、一つの内部リークの故障率を小規模なリークと大規模なリークに分け、大規模なリークの非信頼度は小規模なリークの1/10と仮定して評価を実施している。</p> <p>② 施錠した電動弁の取り扱い</p> <p>電氣的にL.C（ロックローズ）とした電動弁の誤動作はないとして評価している。（NUREG/CR-5744）</p> <p>調査文献にはIS-LOCA発生頻度評価式までは報告されていないため、評価式の直接の比較はできないが、リーク量に応じて隔離弁の故障モードを分け、小規模なリークであれば逃がし弁が動作することによりIS-LOCAは発生せず、大規模リークのみによってIS-LOCAが発生するとする基本的な考え方は、今回実施したPRAのIS-LOCA発生頻度評価で想定したシナリオと同等と考えられる。</p> <p>2. 日米個々の機器故障率を用いたIS-LOCA発生頻度の感度解析</p> <p>IS-LOCAシナリオが同等であることから、相違の理由としては、使用している機器故障率の違いが考えられる。NUREG/CR-5744やNUREG-1935にはIS-LOCA発生頻度評価式は報告されていないが、発生頻度が機器故障率に支配されると推察されることから、ここでは、今回実施したPRAで適用しているIS-LOCA発生頻度式に米国の故障率データを当てはめた場合、発生頻度にどの程度差が生じるか感度解析を実施した。</p> <p>故障率データの違いによる感度を確認することを目的に、発生頻度の観点で支配的なIS-LOCAシナリオ「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」に着目し、今回実施したPRAで用いたIS-LOCA発生頻度評価手法に米国データ*1を適用した条件での発生頻度評価を実施した。</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																										
<p>第1表 電動弁の故障率比較</p> <table border="1"> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> <tr> <td>内部リーク（小）：P(V2)</td> <td>4.1E-09/hr</td> <td>1.67E-07/hr</td> </tr> <tr> <td>内部リーク（大）：P(V4)</td> <td>4.1E-10/hr</td> <td>3.34E-09/hr</td> </tr> </table> <p>第2表 逃がし弁の故障率比較</p> <table border="1"> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> <tr> <td>開失敗：P(V5)</td> <td>1.4E-03/d</td> <td>2.47E-03/d</td> </tr> </table> <p>大規模な内部リークを伴わないシナリオについては、RHR逃がし弁に期待できる。これより、「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」を起因としたIS-LOCAの頻度は、直列に並んだ2つの電動弁の故障及び逃がし安全弁の開失敗で求めることができ、それぞれの頻度は次の通りに求められる。</p> <p>その結果、米国のほうが2～3桁高い頻度となっている。</p> <p>すなわち、日米のIS-LOCA発生頻度の違いの主たる要因は機器故障率の違いによるものと考えられる。</p> <p>計算式：$P3=2 \times (P(V4)^2 + P(V2)^2) \times P(V5) + 2 \times P(V2) \times P(V4) \times P(V5)$</p>	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr	内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d	<p>表1 残留熱除去系の原子炉停止時冷却モード吸込み配管におけるISLOCA発生頻度評価のパラメータの比較</p> <table border="1"> <tr> <th>項目</th> <th>NUREG/CR-5928</th> <th>本評価</th> <th>比較</th> </tr> <tr> <td>評価対象機器</td> <td>電動弁</td> <td></td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>①機器故障率（評価対象故障モード）</td> <td>内部破損 (1.0E-07/h)</td> <td></td> <td>本評価の方が小さくなる</td> </tr> <tr> <td>②配管破損確率</td> <td>0.074 (24 %) 0.023 (20 %)</td> <td></td> <td>本評価の方が大きくなる</td> </tr> <tr> <td>③ISLOCA発生前の隔離操作失敗確率</td> <td>考慮していない</td> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td>④系統構成の違い</td> <td>電動弁2つ</td> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td>ISLOCA発生頻度</td> <td>3.7E-08/y</td> <td>5.1E-10/y</td> <td>本評価の方が2桁程度小さくなる</td> </tr> </table> <p>NUREG/CR-5928と本評価を比較すると、①本評価の機器故障率が小さくなっている。②本評価の配管破損確率は保守的な値を使用しており、大きくなっている。③</p> <p>④</p> <p>これらの結果から、残留熱除去系の原子炉停止時冷却モード吸込み配管のISLOCA発生頻度算出においては、NUREG/CR-5928と本評価では、評価手法に大きな違いはないが、評価に使用するパラメータとして、「機器故障率」が異なることによって、本評価の炉心損傷頻度の方が2桁程度NUREG/CR-5928より低くなっていると考えられる。従って、本評価によるISLOCA発生頻度評価については妥当と考えられる。</p> <p>なお、低圧炉心スプレイ系及び低圧注水系注入配管については、パラメータの差異と系統構成の違いの組合せから、同程度のISLOCA発生頻度の評価結果となったと考えられる。</p> <p>以上</p> <p>枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p>	項目	NUREG/CR-5928	本評価	比較	評価対象機器	電動弁		—	①機器故障率（評価対象故障モード）	内部破損 (1.0E-07/h)		本評価の方が小さくなる	②配管破損確率	0.074 (24 %) 0.023 (20 %)		本評価の方が大きくなる	③ISLOCA発生前の隔離操作失敗確率	考慮していない			④系統構成の違い	電動弁2つ			ISLOCA発生頻度	3.7E-08/y	5.1E-10/y	本評価の方が2桁程度小さくなる	<p>第1表 電動弁の故障率比較</p> <table border="1"> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> <tr> <td>内部リーク（小）：P(V2)</td> <td>4.1E-09/hr</td> <td>1.67E-07/hr</td> </tr> <tr> <td>内部リーク（大）：P(V4)</td> <td>4.1E-10/hr</td> <td>3.34E-09/hr</td> </tr> </table> <p>第2表 逃がし弁の故障率比較</p> <table border="1"> <tr> <th>故障モード</th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> <tr> <td>開失敗：P(V5)</td> <td>1.4E-03/d</td> <td>2.47E-03/d</td> </tr> </table> <p>大規模な内部リークを伴わないシナリオについては、RHR逃がし弁に期待できる。これより、「RHRポンプサクシオン側の二重の電動弁の故障」を起因としたIS-LOCAの頻度は、直列に並んだ2つの電動弁の故障及び逃がし安全弁の開失敗で求めることができ、それぞれの頻度は次の通りに求められる。</p> <p>その結果、米国のほうが2～3桁高い頻度となっている。</p> <p>すなわち、日米のIS-LOCA発生頻度の違いの主たる要因は機器故障率の違いによるものと考えられる。</p> <p>計算式：$P3=2 \times (P(V4)^2 + P(V2)^2) \times P(V5) + 2 \times P(V2) \times P(V4) \times P(V5)$</p>	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr	内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr	故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d	
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																																											
内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr																																																											
内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr																																																											
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																																											
開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d																																																											
項目	NUREG/CR-5928	本評価	比較																																																										
評価対象機器	電動弁		—																																																										
①機器故障率（評価対象故障モード）	内部破損 (1.0E-07/h)		本評価の方が小さくなる																																																										
②配管破損確率	0.074 (24 %) 0.023 (20 %)		本評価の方が大きくなる																																																										
③ISLOCA発生前の隔離操作失敗確率	考慮していない																																																												
④系統構成の違い	電動弁2つ																																																												
ISLOCA発生頻度	3.7E-08/y	5.1E-10/y	本評価の方が2桁程度小さくなる																																																										
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																																											
内部リーク（小）：P(V2)	4.1E-09/hr	1.67E-07/hr																																																											
内部リーク（大）：P(V4)	4.1E-10/hr	3.34E-09/hr																																																											
故障モード	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																																											
開失敗：P(V5)	1.4E-03/d	2.47E-03/d																																																											
<p>第3表 IS-LOCA発生頻度の比較</p> <table border="1"> <tr> <th></th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> <tr> <td>IS-LOCA発生頻度：P3</td> <td>3.0E-11/年</td> <td>1.3E-08/年</td> </tr> </table> <p>※1：“Industry-Average Performance for Components and Initiating Events at U.S.Commercial Nuclear Power Plants”，NUREG/CR-6928, US NRC, 2007年2月</p>		今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年		<p>第3表 IS-LOCA発生頻度の比較</p> <table border="1"> <tr> <th></th> <th>今回実施したPRA</th> <th>NUREG/CR-6928^{*1}</th> </tr> <tr> <td>IS-LOCA発生頻度：P3</td> <td>3.0E-11/年</td> <td>1.3E-08/年</td> </tr> </table> <p>※1：“Industry-Average Performance for Components and Initiating Events at U.S.Commercial Nuclear Power Plants”，NUREG/CR-6928, US NRC, 2007年2月</p>		今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}	IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年																																															
	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																																											
IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年																																																											
	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928 ^{*1}																																																											
IS-LOCA発生頻度：P3	3.0E-11/年	1.3E-08/年																																																											

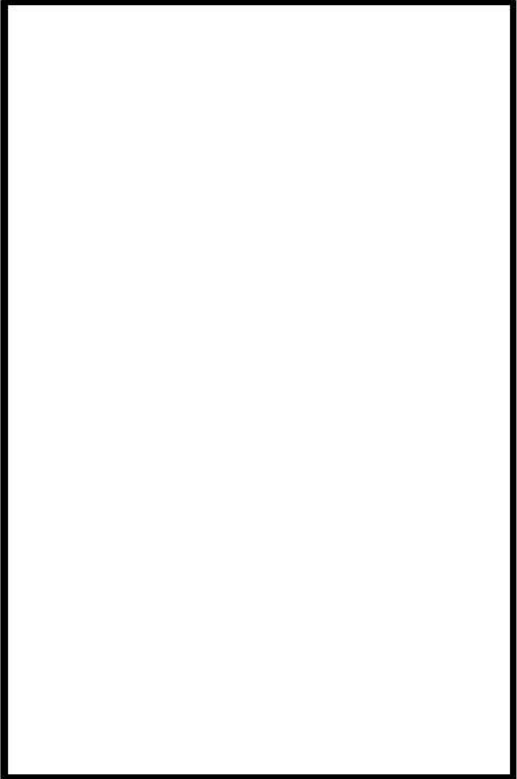
第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																						
<p>(参考) 機器故障率について</p> <p>感度解析に用いた電動弁、逃がし弁の故障率の算出に用いたデータ諸元（故障件数、集計期間）を以下に示す。機器故障率は国内、米国とも生データをもとに統計処理をしていることから、その詳細や差異への影響分析は困難であるが、生データの相違がほぼ機器故障率の相違となっていると推察される。</p> <p>また、これら国内、米国の故障件数の相違は保全方法の相違等が要因ではないかと考えられる。</p> <p style="text-align: center;">第4表 電動弁故障率のデータ諸元</p> <table border="1" data-bbox="89 566 672 670"> <tr> <td>内部リーク</td> <td>今回実施したPRA</td> <td>NUREG/CR-6928</td> </tr> <tr> <td>故障件数(件)</td> <td>1</td> <td>87.5※</td> </tr> <tr> <td>運転実績時間(h)</td> <td>9.1E+08</td> <td>5.3E+08</td> </tr> <tr> <td>集計期間等</td> <td>1982年度～2002年度の49基データ</td> <td>1997年～2004年の103基データ</td> </tr> </table> <p>※不確実さを有する事例については0.5件としている。</p> <p style="text-align: center;">第5表 逃がし弁故障率のデータ諸元</p> <table border="1" data-bbox="89 774 672 877"> <tr> <td>開失敗</td> <td>今回実施したPRA</td> <td>NUREG/CR-6928</td> </tr> <tr> <td>故障件数(件)</td> <td>0</td> <td>18</td> </tr> <tr> <td>デマンド回数(回)</td> <td>1315</td> <td>7393</td> </tr> <tr> <td>集計期間等</td> <td>1982年度～2002年度の49基データ</td> <td>1997年～2004年の103基データ</td> </tr> </table>	内部リーク	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928	故障件数(件)	1	87.5※	運転実績時間(h)	9.1E+08	5.3E+08	集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ	開失敗	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928	故障件数(件)	0	18	デマンド回数(回)	1315	7393	集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ	<p>女川原子力発電所2号炉の配管図。図1 NUREG/CR-6928-4414-Z, RHIREL管図。図中に電動弁（FO100, FO102, FO104, FO106, FO108, FO110, FO112, FO114, FO116, FO118, FO120, FO122, FO124, FO126, FO128, FO130, FO132, FO134, FO136, FO138, FO140, FO142, FO144, FO146, FO148, FO150, FO152, FO154, FO156, FO158, FO160, FO162, FO164, FO166, FO168, FO170, FO172, FO174, FO176, FO178, FO180, FO182, FO184, FO186, FO188, FO190, FO192, FO194, FO196, FO198, FO200, FO202, FO204, FO206, FO208, FO210, FO212, FO214, FO216, FO218, FO220, FO222, FO224, FO226, FO228, FO230, FO232, FO234, FO236, FO238, FO240, FO242, FO244, FO246, FO248, FO250, FO252, FO254, FO256, FO258, FO260, FO262, FO264, FO266, FO268, FO270, FO272, FO274, FO276, FO278, FO280, FO282, FO284, FO286, FO288, FO290, FO292, FO294, FO296, FO298, FO300, FO302, FO304, FO306, FO308, FO310, FO312, FO314, FO316, FO318, FO320, FO322, FO324, FO326, FO328, FO330, FO332, FO334, FO336, FO338, FO340, FO342, FO344, FO346, FO348, FO350, FO352, FO354, FO356, FO358, FO360, FO362, FO364, FO366, FO368, FO370, FO372, FO374, FO376, FO378, FO380, FO382, FO384, FO386, FO388, FO390, FO392, FO394, FO396, FO398, FO400, FO402, FO404, FO406, FO408, FO410, FO412, FO414, FO416, FO418, FO420, FO422, FO424, FO426, FO428, FO430, FO432, FO434, FO436, FO438, FO440, FO442, FO444, FO446, FO448, FO450, FO452, FO454, FO456, FO458, FO460, FO462, FO464, FO466, FO468, FO470, FO472, FO474, FO476, FO478, FO480, FO482, FO484, FO486, FO488, FO490, FO492, FO494, FO496, FO498, FO500, FO502, FO504, FO506, FO508, FO510, FO512, FO514, FO516, FO518, FO520, FO522, FO524, FO526, FO528, FO530, FO532, FO534, FO536, FO538, FO540, FO542, FO544, FO546, FO548, FO550, FO552, FO554, FO556, FO558, FO560, FO562, FO564, FO566, FO568, FO570, FO572, FO574, FO576, FO578, FO580, FO582, FO584, FO586, FO588, FO590, FO592, FO594, FO596, FO598, FO600, FO602, FO604, FO606, FO608, FO610, FO612, FO614, FO616, FO618, FO620, FO622, FO624, FO626, FO628, FO630, FO632, FO634, FO636, FO638, FO640, FO642, FO644, FO646, FO648, FO650, FO652, FO654, FO656, FO658, FO660, FO662, FO664, FO666, FO668, FO670, FO672, FO674, FO676, FO678, FO680, FO682, FO684, FO686, FO688, FO690, FO692, FO694, FO696, FO698, FO700, FO702, FO704, FO706, FO708, FO710, FO712, FO714, FO716, FO718, FO720, FO722, FO724, FO726, FO728, FO730, FO732, FO734, FO736, FO738, FO740, FO742, FO744, FO746, FO748, FO750, FO752, FO754, FO756, FO758, FO760, FO762, FO764, FO766, FO768, FO770, FO772, FO774, FO776, FO778, FO780, FO782, FO784, FO786, FO788, FO790, FO792, FO794, FO796, FO798, FO800, FO802, FO804, FO806, FO808, FO810, FO812, FO814, FO816, FO818, FO820, FO822, FO824, FO826, FO828, FO830, FO832, FO834, FO836, FO838, FO840, FO842, FO844, FO846, FO848, FO850, FO852, FO854, FO856, FO858, FO860, FO862, FO864, FO866, FO868, FO870, FO872, FO874, FO876, FO878, FO880, FO882, FO884, FO886, FO888, FO890, FO892, FO894, FO896, FO898, FO900, FO902, FO904, FO906, FO908, FO910, FO912, FO914, FO916, FO918, FO920, FO922, FO924, FO926, FO928, FO930, FO932, FO934, FO936, FO938, FO940, FO942, FO944, FO946, FO948, FO950, FO952, FO954, FO956, FO958, FO960, FO962, FO964, FO966, FO968, FO970, FO972, FO974, FO976, FO978, FO980, FO982, FO984, FO986, FO988, FO990, FO992, FO994, FO996, FO998, FO1000, FO1002, FO1004, FO1006, FO1008, FO1010, FO1012, FO1014, FO1016, FO1018, FO1020, FO1022, FO1024, FO1026, FO1028, FO1030, FO1032, FO1034, FO1036, FO1038, FO1040, FO1042, FO1044, FO1046, FO1048, FO1050, FO1052, FO1054, FO1056, FO1058, FO1060, FO1062, FO1064, FO1066, FO1068, FO1070, FO1072, FO1074, FO1076, FO1078, FO1080, FO1082, FO1084, FO1086, FO1088, FO1090, FO1092, FO1094, FO1096, FO1098, FO1100, FO1102, FO1104, FO1106, FO1108, FO1110, FO1112, FO1114, FO1116, FO1118, FO1120, FO1122, FO1124, FO1126, FO1128, FO1130, FO1132, FO1134, FO1136, FO1138, FO1140, FO1142, FO1144, FO1146, FO1148, FO1150, FO1152, FO1154, FO1156, FO1158, FO1160, FO1162, FO1164, FO1166, FO1168, FO1170, FO1172, FO1174, FO1176, FO1178, FO1180, FO1182, FO1184, FO1186, FO1188, FO1190, FO1192, FO1194, FO1196, FO1198, FO1200, FO1202, FO1204, FO1206, FO1208, FO1210, FO1212, FO1214, FO1216, FO1218, FO1220, FO1222, FO1224, FO1226, FO1228, FO1230, FO1232, FO1234, FO1236, FO1238, FO1240, FO1242, FO1244, FO1246, FO1248, FO1250, FO1252, FO1254, FO1256, FO1258, FO1260, FO1262, FO1264, FO1266, FO1268, FO1270, FO1272, FO1274, FO1276, FO1278, FO1280, FO1282, FO1284, FO1286, FO1288, FO1290, FO1292, FO1294, FO1296, FO1298, FO1300, FO1302, FO1304, FO1306, FO1308, FO1310, FO1312, FO1314, FO1316, FO1318, FO1320, FO1322, FO1324, FO1326, FO1328, FO1330, FO1332, FO1334, FO1336, FO1338, FO1340, FO1342, FO1344, FO1346, FO1348, FO1350, FO1352, FO1354, FO1356, FO1358, FO1360, FO1362, FO1364, FO1366, FO1368, FO1370, FO1372, FO1374, FO1376, FO1378, FO1380, FO1382, FO1384, FO1386, FO1388, FO1390, FO1392, FO1394, FO1396, FO1398, FO1400, FO1402, FO1404, FO1406, FO1408, FO1410, FO1412, FO1414, FO1416, FO1418, FO1420, FO1422, FO1424, FO1426, FO1428, FO1430, FO1432, FO1434, FO1436, FO1438, FO1440, FO1442, FO1444, FO1446, FO1448, FO1450, FO1452, FO1454, FO1456, FO1458, FO1460, FO1462, FO1464, FO1466, FO1468, FO1470, FO1472, FO1474, FO1476, FO1478, FO1480, FO1482, FO1484, FO1486, FO1488, FO1490, FO1492, FO1494, FO1496, FO1498, FO1500, FO1502, FO1504, FO1506, FO1508, FO1510, FO1512, FO1514, FO1516, FO1518, FO1520, FO1522, FO1524, FO1526, FO1528, FO1530, FO1532, FO1534, FO1536, FO1538, FO1540, FO1542, FO1544, FO1546, FO1548, FO1550, FO1552, FO1554, FO1556, FO1558, FO1560, FO1562, FO1564, FO1566, FO1568, FO1570, FO1572, FO1574, FO1576, FO1578, FO1580, FO1582, FO1584, FO1586, FO1588, FO1590, FO1592, FO1594, FO1596, FO1598, FO1600, FO1602, FO1604, FO1606, FO1608, FO1610, FO1612, FO1614, FO1616, FO1618, FO1620, FO1622, FO1624, FO1626, FO1628, FO1630, FO1632, FO1634, FO1636, FO1638, FO1640, FO1642, FO1644, FO1646, FO1648, FO1650, FO1652, FO1654, FO1656, FO1658, FO1660, FO1662, FO1664, FO1666, FO1668, FO1670, FO1672, FO1674, FO1676, FO1678, FO1680, FO1682, FO1684, FO1686, FO1688, FO1690, FO1692, FO1694, FO1696, FO1698, FO1700, FO1702, FO1704, FO1706, FO1708, FO1710, FO1712, FO1714, FO1716, FO1718, FO1720, FO1722, FO1724, FO1726, FO1728, FO1730, FO1732, FO1734, FO1736, FO1738, FO1740, FO1742, FO1744, FO1746, FO1748, FO1750, FO1752, FO1754, FO1756, FO1758, FO1760, FO1762, FO1764, FO1766, FO1768, FO1770, FO1772, FO1774, FO1776, FO1778, FO1780, FO1782, FO1784, FO1786, FO1788, FO1790, FO1792, FO1794, FO1796, FO1798, FO1800, FO1802, FO1804, FO1806, FO1808, FO1810, FO1812, FO1814, FO1816, FO1818, FO1820, FO1822, FO1824, FO1826, FO1828, FO1830, FO1832, FO1834, FO1836, FO1838, FO1840, FO1842, FO1844, FO1846, FO1848, FO1850, FO1852, FO1854, FO1856, FO1858, FO1860, FO1862, FO1864, FO1866, FO1868, FO1870, FO1872, FO1874, FO1876, FO1878, FO1880, FO1882, FO1884, FO1886, FO1888, FO1890, FO1892, FO1894, FO1896, FO1898, FO1900, FO1902, FO1904, FO1906, FO1908, FO1910, FO1912, FO1914, FO1916, FO1918, FO1920, FO1922, FO1924, FO1926, FO1928, FO1930, FO1932, FO1934, FO1936, FO1938, FO1940, FO1942, FO1944, FO1946, FO1948, FO1950, FO1952, FO1954, FO1956, FO1958, FO1960, FO1962, FO1964, FO1966, FO1968, FO1970, FO1972, FO1974, FO1976, FO1978, FO1980, FO1982, FO1984, FO1986, FO1988, FO1990, FO1992, FO1994, FO1996, FO1998, FO2000, FO2002, FO2004, FO2006, FO2008, FO2010, FO2012, FO2014, FO2016, FO2018, FO2020, FO2022, FO2024, FO2026, FO2028, FO2030, FO2032, FO2034, FO2036, FO2038, FO2040, FO2042, FO2044, FO2046, FO2048, FO2050, FO2052, FO2054, FO2056, FO2058, FO2060, FO2062, FO2064, FO2066, FO2068, FO2070, FO2072, FO2074, FO2076, FO2078, FO2080, FO2082, FO2084, FO2086, FO2088, FO2090, FO2092, FO2094, FO2096, FO2098, FO2100, FO2102, FO2104, FO2106, FO2108, FO2110, FO2112, FO2114, FO2116, FO2118, FO2120, FO2122, FO2124, FO2126, FO2128, FO2130, FO2132, FO2134, FO2136, FO2138, FO2140, FO2142, FO2144, FO2146, FO2148, FO2150, FO2152, FO2154, FO2156, FO2158, FO2160, FO2162, FO2164, FO2166, FO2168, FO2170, FO2172, FO2174, FO2176, FO2178, FO2180, FO2182, FO2184, FO2186, FO2188, FO2190, FO2192, FO2194, FO2196, FO2198, FO2200, FO2202, FO2204, FO2206, FO2208, FO2210, FO2212, FO2214, FO2216, FO2218, FO2220, FO2222, FO2224, FO2226, FO2228, FO2230, FO2232, FO2234, FO2236, FO2238, FO2240, FO2242, FO2244, FO2246, FO2248, FO2250, FO2252, FO2254, FO2256, FO2258, FO2260, FO2262, FO2264, FO2266, FO2268, FO2270, FO2272, FO2274, FO2276, FO2278, FO2280, FO2282, FO2284, FO2286, FO2288, FO2290, FO2292, FO2294, FO2296, FO2298, FO2300, FO2302, FO2304, FO2306, FO2308, FO2310, FO2312, FO2314, FO2316, FO2318, FO2320, FO2322, FO2324, FO2326, FO2328, FO2330, FO2332, FO2334, FO2336, FO2338, FO2340, FO2342, FO2344, FO2346, FO2348, FO2350, FO2352, FO2354, FO2356, FO2358, FO2360, FO2362, FO2364, FO2366, FO2368, FO2370, FO2372, FO2374, FO2376, FO2378, FO2380, FO2382, FO2384, FO2386, FO2388, FO2390, FO2392, FO2394, FO2396, FO2398, FO2400, FO2402, FO2404, FO2406, FO2408, FO2410, FO2412, FO2414, FO2416, FO2418, FO2420, FO2422, FO2424, FO2426, FO2428, FO2430, FO2432, FO2434, FO2436, FO2438, FO2440, FO2442, FO2444, FO2446, FO2448, FO2450, FO2452, FO2454, FO2456, FO2458, FO2460, FO2462, FO2464, FO2466, FO2468, FO2470, FO2472, FO2474, FO2476, FO2478, FO2480, FO2482, FO2484, FO2486, FO2488, FO2490, FO2492, FO2494, FO2496, FO2498, FO2500, FO2502, FO2504, FO2506, FO2508, FO2510, FO2512, FO2514, FO2516, FO2518, FO2520, FO2522, FO2524, FO2526, FO2528, FO2530, FO2532, FO2534, FO2536, FO2538, FO2540, FO2542, FO2544, FO2546, FO2548, FO2550, FO2552, FO2554, FO2556, FO2558, FO2560, FO2562, FO2564, FO2566, FO2568, FO2570, FO2572, FO2574, FO2576, FO2578, FO2580, FO2582, FO2584, FO2586, FO2588, FO2590, FO2592, FO2594, FO2596, FO2598, FO2600, FO2602, FO2604, FO2606, FO2608, FO2610, FO2612, FO2614, FO2616, FO2618, FO2620, FO2622, FO2624, FO2626, FO2628, FO2630, FO2632, FO2634, FO2636, FO2638, FO2640, FO2642, FO2644, FO2646, FO2648, FO2650, FO2652, FO2654, FO2656, FO2658, FO2660, FO2662, FO2664, FO2666, FO2668, FO2670, FO2672, FO2674, FO2676, FO2678, FO2680, FO2682, FO2684, FO2686, FO2688, FO2690, FO2692, FO2694, FO2696, FO2698, FO2700, FO2702, FO2704, FO2706, FO2708, FO2710, FO2712, FO2714, FO2716, FO2718, FO2720, FO2722, FO2724, FO2726, FO2728, FO2730, FO2732, FO2734, FO2736, FO2738, FO2740, FO2742, FO2744, FO2746, FO2748, FO2750, FO2752, FO2754, FO2756, FO2758, FO2760, FO2762, FO2764, FO2766, FO2768, FO2770, FO2772, FO2774, FO2776, FO2778, FO2780, FO2782, FO2784, FO2786, FO2788, FO2790, FO2792, FO2794, FO2796, FO2798, FO2800, FO2802, FO2804, FO2806, FO2808, FO2810, FO2812, FO2814, FO2816, FO2818, FO2820, FO2822, FO2824, FO2826, FO2828, FO2830, FO2832, FO2834, FO2836, FO2838, FO2840, FO2842, FO2844, FO2846, FO2848, FO2850, FO2852, FO2854, FO2856, FO2858, FO2860, FO2862, FO2864, FO2866, FO2868, FO2870, FO2872, FO2874, FO2876, FO2878, FO2880, FO2882, FO2884, FO2886, FO2888, FO2890, FO2892, FO2894, FO2896, FO2898, FO2900, FO2902, FO2904, FO2906, FO2908, FO2910, FO2912, FO2914, FO2916, FO2918, FO2920, FO2922, FO2924, FO2926, FO2928, FO2930, FO2932, FO2934, FO2936, FO2938, FO2940, FO2942, FO2944, FO2946, FO2948, FO2950, FO2952, FO2954, FO2956, FO2958, FO2960, FO2962, FO2964, FO2966, FO2968, FO2970, FO2972, FO2974, FO2976, FO2978, FO2980, FO2982, FO2984, FO2986, FO2988, FO2990, FO2992, FO2994, FO2996, FO2998, FO3000, FO3002, FO3004, FO3006, FO3008, FO3010, FO3012, FO3014, FO3016, FO3018, FO3020, FO3022, FO3024, FO3026, FO3028, FO3030, FO3032, FO3034, FO3036, FO3038, FO3040, FO3042, FO3044, FO3046, FO3048, FO3050, FO3052, FO3054, FO3056, FO3058, FO3060, FO3062, FO3064, FO3066, FO3068, FO3070, FO3072, FO3074, FO3076, FO3078, FO3080, FO3082, FO3084, FO3086, FO3088, FO3090, FO3092, FO3094, FO3096, FO3098, FO3100, FO3102, FO3104, FO3106, FO3108, FO3110, FO3112, FO3114, FO3116, FO3118, FO3120, FO3122, FO3124, FO3126, FO3128, FO3130, FO3132, FO3134, FO3136, FO3138, FO3140, FO3142, FO3144, FO3146, FO3148, FO3150, FO3152, FO3154, FO3156, FO3158, FO3160, FO3162, FO3164, FO3166, FO3168, FO3170, FO3172, FO3174, FO3176, FO3178, FO3180, FO3182, FO3184, FO3186, FO3188, FO3190, FO3192, FO3194, FO3196, FO3198, FO3200, FO3202, FO3204, FO3206, FO3208, FO3210, FO3212, FO3214, FO3216, FO3218, FO3220, FO3222, FO3224, FO3226, FO3228, FO3230, FO3232, FO3234, FO3236, FO3238, FO3240, FO3242, FO3244, FO3246, FO3248, FO3250, FO3252, FO3254, FO3256, FO3258, FO3260, FO3262, FO3264, FO3266, FO3268, FO3270, FO3272, FO3274, FO3276, FO3278, FO3280, FO3282, FO3284, FO3286, FO3288, FO3290, FO3292, FO3294, FO3296, FO3298, FO3300, FO3302, FO3304, FO3306, FO3308, FO3310, FO3312, FO3314, FO3316, FO3318, FO3320, FO3322, FO3324, FO3326, FO3328, FO3330, FO3332, FO3334, FO3336, FO3338, FO3340, FO3342, FO3344, FO3346, FO3348, FO3350, FO3352, FO3354, FO3356, FO3358, FO3360, FO3362, FO3364, FO3366, FO3368, FO3370, FO3372, FO3374, FO3376, FO3378, FO3380, FO3382, FO3384, FO3386, FO3388, FO3390, FO3392, FO3394, FO3396, FO3398, FO3400, FO3402, FO3404, FO3406, FO3408, FO3410, FO3412, FO3414, FO3416, FO3418, FO3420, FO3422, FO3424, FO3426, FO3428, FO3430, FO3432, FO3434, FO3436, FO3438, FO3440, FO3442, FO3444, FO3446, FO3448, FO3450, FO3452, FO3454, FO3456, FO3458, FO3460, FO3462, FO3464, FO3466, FO3468, FO3470, FO3472, FO3474, FO3476, FO3478, FO3480, FO3482, FO3484, FO3486, FO3488, FO3490, FO3492, FO3494, FO3496, FO3498, FO3500, FO3502, FO3504, FO3506, FO3508, FO3510, FO3512, FO3514, FO3516, FO3518, FO3520, FO3522, FO3524, FO3526, FO3528, FO3530, FO3532, FO3534, FO3536, FO3538, FO3540, FO3542, FO3544, FO3546, FO3548, FO3550, FO3552, FO3554, FO3556, FO3558, FO3560, FO3562, FO3564, FO3566, FO3568, FO3570, FO3572, FO3574, FO3576, FO3578, FO3580, FO3582, FO3584, FO3586, FO3588, FO3590, FO3592, FO3594, FO3596, FO3598, FO3600, FO3602, FO3604, FO3606, FO3608, FO3610, FO3612, FO3614, FO3616, FO3618, FO3620, FO3622, FO3624, FO3626, FO3628, FO3630, FO3632, FO3634, FO3636, FO3638, FO3640, FO3642, FO3644, FO3646, FO3648, FO3650, FO3652, FO3654, FO3656, FO3658, FO3660, FO3662, FO3664, FO3666, FO3668, FO3670, FO3672, FO3674, FO3676, FO3678, FO3680, FO3682, FO3684, FO3686, FO3688, FO3690, FO3692, FO3694, FO3696, FO3698, FO3700, FO3702, FO3704, FO3706, FO3708, FO3710, FO3712, FO3714, FO3716, FO3718, FO3720, FO3722, FO3724, FO3726, FO3728, FO3730, FO3732, FO3734, FO3736, FO3738, FO3740, FO3742, FO3744, FO3746, FO3748, FO3750, FO3752, FO3754, FO3756, FO3758, FO3760, FO3762, FO3764, FO3766, FO3768, FO3770, FO3772, FO3774, FO3776, FO3778, FO3780, FO3782, FO3784, FO3786, FO3788, FO3790, FO3792, FO3794, FO3796, FO3798, FO3800, FO3802, FO3804, FO3806, FO3808, FO3810, FO3812, FO3814, FO3816, FO3818, FO3820, FO3822, FO3824, FO3826, FO3828, FO3830, FO3832, FO3834, FO3836, FO3838, FO3840, FO3842, FO3844, FO3846, FO3848, FO3850, FO3852, FO3854, FO3856, FO3858, FO3860, FO3862, FO3864, FO3866, FO3868, FO3870, FO3872, FO3874, FO3876, FO3878, FO3880, FO3882, FO3884, FO3886, FO3888, FO3890, FO3892, FO3894, FO3896, FO3898, FO3900, FO3902, FO3904, FO3906, FO3908, FO3910, FO3912, FO3914, FO3916, FO3918, FO3920, FO3922, FO3924, FO3926, FO3928, FO3930, FO3932, FO3934, FO3936, FO3938, FO3940, FO3942, FO3944, FO3946, FO3948, FO3950, FO3952, FO3954, FO3956, FO3958, FO3960, FO3962, FO3964, FO3966, FO3968, FO3970, FO3972, FO3974, FO3976, FO3978, FO3980, FO3982, FO3984, FO3986, FO3988, FO3990, FO3992, FO3994, FO3996, FO3998, FO4000</p>
内部リーク	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928																							
故障件数(件)	1	87.5※																							
運転実績時間(h)	9.1E+08	5.3E+08																							
集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ																							
開失敗	今回実施したPRA	NUREG/CR-6928																							
故障件数(件)	0	18																							
デマンド回数(回)	1315	7393																							
集計期間等	1982年度～2002年度の49基データ	1997年～2004年の103基データ																							

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.b-14 インターフェイスシステム LOCA の発生頻度の算出方法について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図2 RBR-A配管線図</p> <p style="text-align: center;">特記事項の内容は添付機密の観点から公開できません。</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-1 対処設備作動までの余裕時間の考え方

大阪発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: center;">大阪発電所3/4号炉</p> <p style="text-align: center;">対処設備作動までの余裕時間の考え方</p> <p>余裕時間の設定に際し、MAAPを用いた事故シーケンスの事象進展の解析結果及び運転操作から、以下のように余裕時間を設定した。</p> <p>表1に事故進展解析結果と対処設備作動までの余裕時間の関係を示す。</p> <p>1. 注水に関する操作の余裕時間 注水に関する操作の余裕時間は、TQUV、TQUX、TBシーケンスにおいて、注水停止後、炉心溶融に至るまでの時間に余裕を見込んだ時間として30分とした。 一方、LOCAシーケンスにおける余裕時間は、全炉心損傷頻度に対する寄与が小さいことから、代表的に他のシーケンスと同じ値とした。</p> <div style="border: 1px solid black; height: 20px; width: 100%;"></div> <p>枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p> <p>2. 格納容器除熱操作に関する余裕時間 崩壊熱除去機能喪失時の非常用炉心冷却系及び原子炉隔離時冷却系による原子炉への注水継続に必要となる操作を表2に示す。崩</p>	<p style="text-align: center;">女川原子力発電所2号炉</p> <p style="text-align: right;">別紙3.1.1.c-1</p> <p style="text-align: center;">対処設備作動までの余裕時間の考え方</p> <p>余裕時間の設定に際し、MAAPを用いた事故シーケンスの事象進展の解析結果及び運転操作から、以下のように余裕時間を設定した。</p> <p>表1に事故進展解析結果と対処設備作動までの余裕時間の関係を示す。</p> <p>1. 注水に関する操作の余裕時間 注水に関する操作の余裕時間は、TQUV、TQUX、TBシーケンスにおいて、注水停止後、炉心溶融に至るまでの時間に余裕を見込んだ時間として30分とした。 一方、LOCAシーケンスにおける余裕時間は、全炉心損傷頻度に対する寄与が小さいことから、代表的に他のシーケンスと同じ値とした。</p> <div style="border: 1px solid black; height: 20px; width: 100%;"></div> <p>枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p> <p>2. 格納容器除熱操作に関する余裕時間 崩壊熱除去機能喪失時の非常用炉心冷却系及び原子炉隔離時冷却系による原子炉への注水継続に必要となる操作を表2に示す。崩</p>	<p style="text-align: center;">泊発電所3号炉</p> <p style="text-align: right;">補足3.1.1.c-1</p> <p style="text-align: center;">対処設備作動までの余裕時間の考え方</p> <p>余裕時間の設定に際し、「2次冷却系の破断」、「蒸気発生器伝熱管破損」、「補機冷却系の故障」の解析結果及び運転操作から以下のように余裕時間を設定した。</p> <p>表に解析結果と対処設備作動までの余裕時間の関係を示す。</p> <p>1. 破断ループの隔離に関する操作の余裕時間 「2次冷却系の破断」が発生した場合、破断ループの隔離に関する操作の余裕時間は、2次冷却系からの除熱機能が喪失するまでの時間を参考に20分とした。</p> <p>2. 破損側蒸気発生器の隔離に関する操作の余裕時間 「蒸気発生器伝熱管破損」が発生した場合、破損側蒸気発生器の隔離に関する操作の余裕時間は、破損側蒸気発生器が満水に至るま</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【大阪】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・泊は余裕時間の設定のために参照した解析を具体的に記載している。なお、PWRとBWRの設計の相違により、余裕時間設定のために参照する解析の対象が異なるものの、熱水解析から余裕時間を設定している点に相違はない。 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・表の表記の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・PWRとBWRの設計の相違により考慮する緩和操作が異なる（着色せず）（大阪に記載はないが、泊と同様の評価となっている） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・PWRとBWRの設計の相違によ

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-1 対処設備作動までの余裕時間の考え方

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>壊熱除去機能喪失時にはこれらの操作に期待しない場合、原子炉注水後、サブプレッションプール水温上昇による注水機能喪失となる。</p> <p>表2に示す操作を考慮し原子炉への注水を継続した場合、格納容器破損は約□時間後である。一方、本評価においては、設置許可取得済の設備の機能のみに期待する観点より、表2に示す注水継続操作には期待せず、当該操作開始までの余裕時間内に格納容器除熱を実施し注水継続することとしている。以上より、格納容器除熱操作の余裕時間は8時間とした。</p> <p>□ 枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p> <p>以上</p>	<p>での時間を参考に30分とした。</p> <p>3. 補機冷却系の負荷制御に関する操作の余裕時間 LOCA後のECCS再循環切替に係る補機冷却系の負荷制御に関する操作の余裕時間は、ECCS再循環機能喪失時のプラント挙動に関する知見を参考に30分とした。</p>	<p>り考慮する緩和操作が異なる （着色せず）（大飯に記載はないが、泊と同様）</p> <p>【女川】 ■設計の相違 ・PWRとBWRの設計の相違により考慮する緩和操作が異なる （着色せず）（大飯に記載はないが、泊と同様）</p> <p>【女川】 ■記載表現の相違</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-1 対処設備作動までの余裕時間の考え方

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																					
	<p>表1 事故進展解析結果と対処設備作動までの余裕時間の関係</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>事故シーケンス</th> <th>炉心溶融</th> <th>圧力容器破損</th> <th>格納容器破損</th> <th>備考</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>TOIV (過渡事象後、炉心メークアップ失敗、低圧シーケンス)</td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>LTでMS手動起動を仮定</td> </tr> <tr> <td>TOIX (過渡事象後、炉心メークアップ失敗、高圧シーケンス)</td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>RCクマタリは8時間を仮定</td> </tr> <tr> <td>TI (全交流動力電源喪失)</td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>格納容器ラインの両端設備を仮定</td> </tr> <tr> <td>LOCA (大飯断LOCA後、炉心メークアップ失敗)</td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td>TI (過渡事象後、炉心メークアップ失敗)</td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> </tr> <tr> <td>TC (過渡事象後、原子炉停止失敗)</td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> </tr> </tbody> </table> <table border="1"> <tr> <td>継和操作</td> <td>注水に関する操作</td> <td>格納容器除熱操作</td> </tr> <tr> <td>余裕時間</td> <td>30分</td> <td>8時間</td> </tr> </table> <p>枠組みの内容は商業機密の観点から公開できません。</p>	事故シーケンス	炉心溶融	圧力容器破損	格納容器破損	備考	TOIV (過渡事象後、炉心メークアップ失敗、低圧シーケンス)				LTでMS手動起動を仮定	TOIX (過渡事象後、炉心メークアップ失敗、高圧シーケンス)				RCクマタリは8時間を仮定	TI (全交流動力電源喪失)				格納容器ラインの両端設備を仮定	LOCA (大飯断LOCA後、炉心メークアップ失敗)					TI (過渡事象後、炉心メークアップ失敗)					TC (過渡事象後、原子炉停止失敗)					継和操作	注水に関する操作	格納容器除熱操作	余裕時間	30分	8時間	<p>表：解析結果と対処設備作動までの余裕時間の関係</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>破損</th> <th>緩和操作の余裕時間</th> <th>設定根拠</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>○2次冷却系の破断 継和操作 破断ループの隔離</td> <td>20分</td> <td>2次冷却系の除熱機能喪失時のプラント挙動に関する知見を参考に蒸気発生器の水位が低下し、2次冷却系の除熱機能が喪失するまで20分程度と考え、この間に破断ループを隔離し、健全な蒸気発生器への給水を確認することで、炉心冷却を維持できると評価した。</td> </tr> <tr> <td>○蒸気発生器伝熱管破損 継和操作 破損側蒸気発生器の隔離</td> <td>30分</td> <td>蒸気発生器伝熱管破損時のプラント挙動に関する知見を参考とするとともに、原子炉停止後は蒸気発生器の水位を適切に維持するよう補助給水流量を制御することが一般的なことから、破損側蒸気発生器満水防止の観点で30分程度の余裕があるものと評価した。</td> </tr> <tr> <td>○LOCA 継和操作 補機冷却系の負荷制限</td> <td>30分</td> <td>LOCA後のECS再循環移行時に原子炉補機冷却水系の部分喪失が発生し、一時的にECS再循環が不能となる場合を想定するものであり、ECS再循環機能喪失時のプラント挙動に関する知見を参考に30分と評価した。</td> </tr> </tbody> </table>	破損	緩和操作の余裕時間	設定根拠	○2次冷却系の破断 継和操作 破断ループの隔離	20分	2次冷却系の除熱機能喪失時のプラント挙動に関する知見を参考に蒸気発生器の水位が低下し、2次冷却系の除熱機能が喪失するまで20分程度と考え、この間に破断ループを隔離し、健全な蒸気発生器への給水を確認することで、炉心冷却を維持できると評価した。	○蒸気発生器伝熱管破損 継和操作 破損側蒸気発生器の隔離	30分	蒸気発生器伝熱管破損時のプラント挙動に関する知見を参考とするとともに、原子炉停止後は蒸気発生器の水位を適切に維持するよう補助給水流量を制御することが一般的なことから、破損側蒸気発生器満水防止の観点で30分程度の余裕があるものと評価した。	○LOCA 継和操作 補機冷却系の負荷制限	30分	LOCA後のECS再循環移行時に原子炉補機冷却水系の部分喪失が発生し、一時的にECS再循環が不能となる場合を想定するものであり、ECS再循環機能喪失時のプラント挙動に関する知見を参考に30分と評価した。	<p>【女川】</p> <p>■評価方針の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> ・泊は、解析結果から得られるプラント挙動に関する知見を参考に設定している。PWRとBWRの設計の相違により、余裕時間設定のために参照する解析の対象が異なるものの、熱水力学解析から余裕時間を設定している点に相違はない。（大飯に記載はないが、泊と同様）
事故シーケンス	炉心溶融	圧力容器破損	格納容器破損	備考																																																				
TOIV (過渡事象後、炉心メークアップ失敗、低圧シーケンス)				LTでMS手動起動を仮定																																																				
TOIX (過渡事象後、炉心メークアップ失敗、高圧シーケンス)				RCクマタリは8時間を仮定																																																				
TI (全交流動力電源喪失)				格納容器ラインの両端設備を仮定																																																				
LOCA (大飯断LOCA後、炉心メークアップ失敗)																																																								
TI (過渡事象後、炉心メークアップ失敗)																																																								
TC (過渡事象後、原子炉停止失敗)																																																								
継和操作	注水に関する操作	格納容器除熱操作																																																						
余裕時間	30分	8時間																																																						
破損	緩和操作の余裕時間	設定根拠																																																						
○2次冷却系の破断 継和操作 破断ループの隔離	20分	2次冷却系の除熱機能喪失時のプラント挙動に関する知見を参考に蒸気発生器の水位が低下し、2次冷却系の除熱機能が喪失するまで20分程度と考え、この間に破断ループを隔離し、健全な蒸気発生器への給水を確認することで、炉心冷却を維持できると評価した。																																																						
○蒸気発生器伝熱管破損 継和操作 破損側蒸気発生器の隔離	30分	蒸気発生器伝熱管破損時のプラント挙動に関する知見を参考とするとともに、原子炉停止後は蒸気発生器の水位を適切に維持するよう補助給水流量を制御することが一般的なことから、破損側蒸気発生器満水防止の観点で30分程度の余裕があるものと評価した。																																																						
○LOCA 継和操作 補機冷却系の負荷制限	30分	LOCA後のECS再循環移行時に原子炉補機冷却水系の部分喪失が発生し、一時的にECS再循環が不能となる場合を想定するものであり、ECS再循環機能喪失時のプラント挙動に関する知見を参考に30分と評価した。																																																						

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-1 対処設備作動までの余裕時間の考え方

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																
	<p style="text-align: center;">表2 原子炉への注水継続に必要となる操作</p> <table border="1" data-bbox="703 296 1285 603"> <thead> <tr> <th>炉心冷却機能に関する系統</th> <th>継続運転に必要なとなる操作</th> <th>操作までの余裕時間</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">RCTC</td> <td>RCIC排気圧高トリップバイパス</td> <td>B 約20時間</td> </tr> <tr> <td>CSTへの水源補給</td> <td>約8時間</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">HPCS</td> <td>サブプレッションプールからCSTへの水源切替</td> <td>約10時間^{※1}</td> </tr> <tr> <td>CSTへの水源補給</td> <td>約8時間</td> </tr> <tr> <td>LPCS, LPCI</td> <td>RHR復旧又はPCVベント</td> <td>約20時間^{※2}</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1 サプレッションプール水源による注水を継続した場合、約10時間後に最高使用温度100℃に到達するため、水源をサブプレッションプールからCSTへの切替える必要がある</p> <p>※2 格納容器最高使用圧力到達によるS/R弁閉止を回避するため、RHRの復旧又はPCVベントが必要となる</p>	炉心冷却機能に関する系統	継続運転に必要なとなる操作	操作までの余裕時間	RCTC	RCIC排気圧高トリップバイパス	B 約20時間	CSTへの水源補給	約8時間	HPCS	サブプレッションプールからCSTへの水源切替	約10時間 ^{※1}	CSTへの水源補給	約8時間	LPCS, LPCI	RHR復旧又はPCVベント	約20時間 ^{※2}		<p>【女川】</p> <p>■評価方針の相違</p> <p>・PWRとBWRの設計の相違により余裕時間設定のために参照する解析の対象が異なる。</p>
炉心冷却機能に関する系統	継続運転に必要なとなる操作	操作までの余裕時間																	
RCTC	RCIC排気圧高トリップバイパス	B 約20時間																	
	CSTへの水源補給	約8時間																	
HPCS	サブプレッションプールからCSTへの水源切替	約10時間 ^{※1}																	
	CSTへの水源補給	約8時間																	
LPCS, LPCI	RHR復旧又はPCVベント	約20時間 ^{※2}																	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 補足 3.1.1.c-2 成功基準解析の解析条件設定の考え方について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																								
<p style="text-align: right;">補足5</p> <p style="text-align: center;">成功基準解析の解析条件設定の考え方について</p> <p>成功基準解析においては、許認可解析時の解析条件をベースとし、成功基準の妥当性評価のため必要な解析条件の変更を行って解析を実施した。成功基準解析による確認内容を以下に示す。</p> <table border="1" data-bbox="91 651 678 1086"> <caption>表1：成功基準解析による確認内容</caption> <thead> <tr> <th>成功基準解析^{※1}</th> <th>確認内容</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>①大破断 LOCA 時の ECCS 注入機能に関する熱水力解析</td> <td>大破断 LOCA 時に必要な低圧注入ポンプ台数と注入ループ数及び蓄圧注入の基数を確認</td> </tr> <tr> <td>②大破断 LOCA 時の原子炉格納容器内除熱機能に関する熱水力解析</td> <td>大破断 LOCA 時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認</td> </tr> <tr> <td>③中破断 LOCA 時の ECCS 注入機能に関する熱水力解析</td> <td>中破断 LOCA 時に必要な蓄圧注入の基数及び高圧注入ポンプ台数と注入ループ数を確認</td> </tr> <tr> <td>④主給水流量喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析</td> <td>主給水流量喪失時に必要な補助給水ポンプ台数と給水蒸気発生器数を確認</td> </tr> <tr> <td>⑤主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析</td> <td>主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1：事象の厳しさの観点から、主給水流量喪失、主給水管破断で Non-LOCAを代表させる。</p>	成功基準解析 ^{※1}	確認内容	①大破断 LOCA 時の ECCS 注入機能に関する熱水力解析	大破断 LOCA 時に必要な低圧注入ポンプ台数と注入ループ数及び蓄圧注入の基数を確認	②大破断 LOCA 時の原子炉格納容器内除熱機能に関する熱水力解析	大破断 LOCA 時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認	③中破断 LOCA 時の ECCS 注入機能に関する熱水力解析	中破断 LOCA 時に必要な蓄圧注入の基数及び高圧注入ポンプ台数と注入ループ数を確認	④主給水流量喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析	主給水流量喪失時に必要な補助給水ポンプ台数と給水蒸気発生器数を確認	⑤主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析	主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認		<p style="text-align: right;">補足3.1.1.c-2</p> <p style="text-align: center;">成功基準解析の解析条件設定の考え方について</p> <p>成功基準解析においては、許認可解析時の解析条件をベースとし、成功基準の妥当性評価のため必要な解析条件の変更を行って解析を実施した。成功基準解析による確認内容を以下に示す。</p> <table border="1" data-bbox="1312 655 1899 1082"> <caption>第1表 成功基準解析による確認内容</caption> <thead> <tr> <th>成功基準解析^{※1}</th> <th>確認内容</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>①大破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析</td> <td>大破断LOCA時に必要な低圧注入ポンプ台数と注入ループ数及び蓄圧注入の基数を確認</td> </tr> <tr> <td>②大破断LOCA時の原子炉格納容器内除熱機能に関する熱水力解析</td> <td>大破断LOCA時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認</td> </tr> <tr> <td>③中破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析</td> <td>中破断LOCA時に必要な蓄圧注入の基数及び高圧注入ポンプ台数と注入ループ数を確認</td> </tr> <tr> <td>④主給水流量喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析</td> <td>主給水流量喪失時に必要な補助給水ポンプ台数と給水蒸気発生器数を確認</td> </tr> <tr> <td>⑤主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析</td> <td>主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1：事象の厳しさの観点から、主給水流量喪失、主給水管破断で Non-LOCAを代表させる。</p>	成功基準解析 ^{※1}	確認内容	①大破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析	大破断LOCA時に必要な低圧注入ポンプ台数と注入ループ数及び蓄圧注入の基数を確認	②大破断LOCA時の原子炉格納容器内除熱機能に関する熱水力解析	大破断LOCA時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認	③中破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析	中破断LOCA時に必要な蓄圧注入の基数及び高圧注入ポンプ台数と注入ループ数を確認	④主給水流量喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析	主給水流量喪失時に必要な補助給水ポンプ台数と給水蒸気発生器数を確認	⑤主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析	主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川に該当する資料がないため大飯と比較する <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・泊は「注水機能喪失」という表記で統一している
成功基準解析 ^{※1}	確認内容																										
①大破断 LOCA 時の ECCS 注入機能に関する熱水力解析	大破断 LOCA 時に必要な低圧注入ポンプ台数と注入ループ数及び蓄圧注入の基数を確認																										
②大破断 LOCA 時の原子炉格納容器内除熱機能に関する熱水力解析	大破断 LOCA 時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認																										
③中破断 LOCA 時の ECCS 注入機能に関する熱水力解析	中破断 LOCA 時に必要な蓄圧注入の基数及び高圧注入ポンプ台数と注入ループ数を確認																										
④主給水流量喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析	主給水流量喪失時に必要な補助給水ポンプ台数と給水蒸気発生器数を確認																										
⑤主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析	主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認																										
成功基準解析 ^{※1}	確認内容																										
①大破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析	大破断LOCA時に必要な低圧注入ポンプ台数と注入ループ数及び蓄圧注入の基数を確認																										
②大破断LOCA時の原子炉格納容器内除熱機能に関する熱水力解析	大破断LOCA時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認																										
③中破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析	中破断LOCA時に必要な蓄圧注入の基数及び高圧注入ポンプ台数と注入ループ数を確認																										
④主給水流量喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析	主給水流量喪失時に必要な補助給水ポンプ台数と給水蒸気発生器数を確認																										
⑤主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析	主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認																										

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-2 成功基準解析の解析条件設定の考え方について

大飯発電所3/4号炉				女川原子力発電所2号炉				泊発電所3号炉				相違理由																																																																																																																																					
<p>表2：許認可解析とPRAにおける成功基準の比較</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>シナリオ</th> <th>起回事象</th> <th>緩和系</th> <th>許認可解析</th> <th>PRA成功基準解析</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">ECCS注入</td> <td rowspan="5">大破断LOCA</td> <td>蓄圧注入</td> <td>3/4基</td> <td>2/4基</td> </tr> <tr> <td>高圧注入</td> <td>2/2台</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td>低圧注入</td> <td>1/2台</td> <td>2/2台</td> </tr> <tr> <td></td> <td>(健全3ループ注入)</td> <td>(健全3ループ注入)</td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ</td> <td>2/2台</td> <td>2/2台</td> </tr> <tr> <td>補助給水(電動)</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">中破断LOCA</td> <td>蓄圧注入</td> <td>3/4基</td> <td>2/4基</td> </tr> <tr> <td>高圧注入</td> <td>1/2台</td> <td>1/2台</td> </tr> <tr> <td>低圧注入</td> <td>1/2台</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td>補助給水(電動)</td> <td>1/2台</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">格納容器内除熱^{※2}</td> <td rowspan="5">大破断LOCA</td> <td>蓄圧注入</td> <td>-</td> <td>4/4基</td> </tr> <tr> <td>高圧注入</td> <td>-</td> <td>1/2台</td> </tr> <tr> <td>低圧注入</td> <td>-</td> <td>1/2台</td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ</td> <td>-</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td>補助給水(電動)</td> <td>-</td> <td>2/2台(4/4SG)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">2次系による除熱</td> <td>主給水流量喪失</td> <td>補助給水(電動)</td> <td>1/2台(4/4SG)</td> <td>1/2台^{※2}(2/4SG)</td> </tr> <tr> <td>主給水管破断</td> <td>補助給水(電動)</td> <td>2/2台(健全3SG)</td> <td>1/2台^{※2}(健全2SG)</td> </tr> </tbody> </table>				シナリオ	起回事象	緩和系	許認可解析	PRA成功基準解析	ECCS注入	大破断LOCA	蓄圧注入	3/4基	2/4基	高圧注入	2/2台	0/2台(考慮しない)	低圧注入	1/2台	2/2台		(健全3ループ注入)	(健全3ループ注入)	格納容器スプレイ	2/2台	2/2台	補助給水(電動)	0/2台(考慮しない)	0/2台(考慮しない)	中破断LOCA	蓄圧注入	3/4基	2/4基	高圧注入	1/2台	1/2台	低圧注入	1/2台	0/2台(考慮しない)	格納容器スプレイ	0/2台(考慮しない)	0/2台(考慮しない)	補助給水(電動)	1/2台	0/2台(考慮しない)	格納容器内除熱 ^{※2}	大破断LOCA	蓄圧注入	-	4/4基	高圧注入	-	1/2台	低圧注入	-	1/2台	格納容器スプレイ	-	0/2台(考慮しない)	補助給水(電動)	-	2/2台(4/4SG)	2次系による除熱	主給水流量喪失	補助給水(電動)	1/2台(4/4SG)	1/2台 ^{※2} (2/4SG)	主給水管破断	補助給水(電動)	2/2台(健全3SG)	1/2台 ^{※2} (健全2SG)	<p>第2表 許認可解析とPRAにおける成功基準の比較</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>シナリオ</th> <th>起回事象</th> <th>緩和系</th> <th>許認可解析</th> <th>PRA成功基準解析</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">ECCS注水</td> <td rowspan="5">大破断LOCA</td> <td>蓄圧注入</td> <td>健全2/2基</td> <td>健全2/2基</td> </tr> <tr> <td>高圧注入</td> <td>2/2台</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td>低圧注入</td> <td>1/2台</td> <td>2/2台</td> </tr> <tr> <td></td> <td>(健全2ループ注入)</td> <td>(健全1ループ注入)</td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ</td> <td>2/2台</td> <td>2/2台</td> </tr> <tr> <td>補助給水</td> <td>0/3台(考慮しない)</td> <td>0/3台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">中破断LOCA</td> <td>蓄圧注入</td> <td>健全2/2基</td> <td>健全1/2基</td> </tr> <tr> <td>高圧注入</td> <td>1/2台</td> <td>1/2台</td> </tr> <tr> <td>低圧注入</td> <td>1/2台</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td>補助給水</td> <td>1/3台(3/3SG)</td> <td>0/3台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td rowspan="5">格納容器内除熱^{※2}</td> <td rowspan="5">大破断LOCA</td> <td>蓄圧注入</td> <td>-</td> <td>3/3基</td> </tr> <tr> <td>高圧注入</td> <td>-</td> <td>1/2台</td> </tr> <tr> <td>低圧注入</td> <td>-</td> <td>1/2台</td> </tr> <tr> <td></td> <td>(健全2ループ注入)</td> <td>(健全2ループ注入)</td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ</td> <td>-</td> <td>0/2台(考慮しない)</td> </tr> <tr> <td>補助給水</td> <td>-</td> <td>2/3台(3/3SG)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">2次系による除熱</td> <td>主給水流量喪失</td> <td>補助給水</td> <td>1/3台(3/3SG)</td> <td>1/3台(2/3SG)</td> </tr> <tr> <td>主給水管破断</td> <td>補助給水</td> <td>2/3台(健全2/2SG)</td> <td>1/3台(健全1/2SG)</td> </tr> </tbody> </table>				シナリオ	起回事象	緩和系	許認可解析	PRA成功基準解析	ECCS注水	大破断LOCA	蓄圧注入	健全2/2基	健全2/2基	高圧注入	2/2台	0/2台(考慮しない)	低圧注入	1/2台	2/2台		(健全2ループ注入)	(健全1ループ注入)	格納容器スプレイ	2/2台	2/2台	補助給水	0/3台(考慮しない)	0/3台(考慮しない)	中破断LOCA	蓄圧注入	健全2/2基	健全1/2基	高圧注入	1/2台	1/2台	低圧注入	1/2台	0/2台(考慮しない)	格納容器スプレイ	0/2台(考慮しない)	0/2台(考慮しない)	補助給水	1/3台(3/3SG)	0/3台(考慮しない)	格納容器内除熱 ^{※2}	大破断LOCA	蓄圧注入	-	3/3基	高圧注入	-	1/2台	低圧注入	-	1/2台		(健全2ループ注入)	(健全2ループ注入)	格納容器スプレイ	-	0/2台(考慮しない)	補助給水	-	2/3台(3/3SG)	2次系による除熱	主給水流量喪失	補助給水	1/3台(3/3SG)	1/3台(2/3SG)	主給水管破断	補助給水	2/3台(健全2/2SG)	1/3台(健全1/2SG)	<p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・機器数やループ数の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・泊はループ注入についての成功基準も記載している(伊方と同様) ・泊は許認可解析で補助給水電動ポンプの単一故障を考慮している解析もあるため、補助給水について電動ポンプに限定しない記載としている <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・記載充実のため、ハッチングの説明を追記している
シナリオ	起回事象	緩和系	許認可解析	PRA成功基準解析																																																																																																																																													
ECCS注入	大破断LOCA	蓄圧注入	3/4基	2/4基																																																																																																																																													
		高圧注入	2/2台	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																													
		低圧注入	1/2台	2/2台																																																																																																																																													
			(健全3ループ注入)	(健全3ループ注入)																																																																																																																																													
		格納容器スプレイ	2/2台	2/2台																																																																																																																																													
	補助給水(電動)	0/2台(考慮しない)	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																														
	中破断LOCA	蓄圧注入	3/4基	2/4基																																																																																																																																													
		高圧注入	1/2台	1/2台																																																																																																																																													
		低圧注入	1/2台	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																													
		格納容器スプレイ	0/2台(考慮しない)	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																													
補助給水(電動)		1/2台	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																														
格納容器内除熱 ^{※2}	大破断LOCA	蓄圧注入	-	4/4基																																																																																																																																													
		高圧注入	-	1/2台																																																																																																																																													
		低圧注入	-	1/2台																																																																																																																																													
		格納容器スプレイ	-	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																													
		補助給水(電動)	-	2/2台(4/4SG)																																																																																																																																													
2次系による除熱	主給水流量喪失	補助給水(電動)	1/2台(4/4SG)	1/2台 ^{※2} (2/4SG)																																																																																																																																													
	主給水管破断	補助給水(電動)	2/2台(健全3SG)	1/2台 ^{※2} (健全2SG)																																																																																																																																													
シナリオ	起回事象	緩和系	許認可解析	PRA成功基準解析																																																																																																																																													
ECCS注水	大破断LOCA	蓄圧注入	健全2/2基	健全2/2基																																																																																																																																													
		高圧注入	2/2台	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																													
		低圧注入	1/2台	2/2台																																																																																																																																													
			(健全2ループ注入)	(健全1ループ注入)																																																																																																																																													
		格納容器スプレイ	2/2台	2/2台																																																																																																																																													
	補助給水	0/3台(考慮しない)	0/3台(考慮しない)																																																																																																																																														
	中破断LOCA	蓄圧注入	健全2/2基	健全1/2基																																																																																																																																													
		高圧注入	1/2台	1/2台																																																																																																																																													
		低圧注入	1/2台	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																													
		格納容器スプレイ	0/2台(考慮しない)	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																													
補助給水		1/3台(3/3SG)	0/3台(考慮しない)																																																																																																																																														
格納容器内除熱 ^{※2}	大破断LOCA	蓄圧注入	-	3/3基																																																																																																																																													
		高圧注入	-	1/2台																																																																																																																																													
		低圧注入	-	1/2台																																																																																																																																													
			(健全2ループ注入)	(健全2ループ注入)																																																																																																																																													
		格納容器スプレイ	-	0/2台(考慮しない)																																																																																																																																													
補助給水	-	2/3台(3/3SG)																																																																																																																																															
2次系による除熱	主給水流量喪失	補助給水	1/3台(3/3SG)	1/3台(2/3SG)																																																																																																																																													
	主給水管破断	補助給水	2/3台(健全2/2SG)	1/3台(健全1/2SG)																																																																																																																																													
<p>※2：シビアアクシデントの解析に用いているMAAPコードを適用</p>				<p>※2：シビアアクシデントの解析に用いているMAAPコードを適用 ハッチング部：許認可解析から条件を変更した箇所</p>																																																																																																																																													
<p>※3：許認可解析においては、タービン動給水ポンプに期待しない保守的な条件で解析を実施している。PRA成功基準解析では、タービン動補助給水ポンプを含めた3台のうち1台が動作することで成功となるが、ここでは、記載を許認可解析側に合わせて電動補助給水ポンプのみについて記載している。</p>																																																																																																																																																	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.c-2</p> <p style="text-align: center;">成功基準の設定時の解析例について</p> <p>1. 解析条件 本PRAでは、炉心冷却機能に係る成功基準は、SAFER及びCHASTEコードを用いて実施した成功基準解析結果を踏まえて設定している。成功基準分析では、表1に示すとおり、プラント初期パラメータについては、定格値を用いており、非常用炉心冷却系の流量については、をを設定し、解析を実施している。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.c-3</p> <p style="text-align: center;">成功基準の設定時の解析例について</p> <p>1. 解析条件 本PRAでは、炉心冷却機能等に係る成功基準は、第1表及び第2表に示すとおり、標準3ループプラントを対象に、設置許可申請書添付書類十の安全解析で使用される解析コードを用いて実施した成功基準解析結果を踏まえて設定している。これらの成功基準解析では、解析条件の一例として第3表に示すとおり、機器条件に関する成功基準の根拠となる条件を除き、成功基準の結論に大きく影響を及ぼさない範囲で設置変更許可申請書添付書類十の安全解析と同じ条件を用いて解析を実施している。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇄補足 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・泊は格納容器内除熱機能についても成功基準を設定しているため「等」と記載している ・泊は第1表及び第2表で使用している解析コードを詳細に記載しており、使用している解析コードの相違（大飯に記載はないが泊と同様）（以下、相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・成功基準の設定において複数の解析を参照しており、それを反映させた記載としている ・「成功基準解析」という表記に統一している ・図表の記載、図表番号の相違（以下、相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違 ・解析条件の相違（許認可解析時の解析条件をベースとしている点は大飯も同様）

枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>2. 余裕時間の取扱い</p> <p>(1) 過渡変化時</p> <p>「過渡変化時の炉心冷却機能に関する熱水力解析」については、MAAPによる事象進展解析結果を踏まえた余裕時間を指定している。設定した余裕時間については、SAFER及びCHASTEにより、事象発生30分後に手動で減圧を開始し、低圧注水系による注水を行う成功基準解析を実施しており、判断基準を満足していることを確認している。</p> <p>(2) LOCA時</p> <p>LOCAシナリオについては、全炉心損傷頻度に対する寄与が小さいことから、代表的に他のシナリオと同様に30分とした。</p> <p>3. 解析結果</p> <p>成功基準解析の結果を表2～表5に示す。</p> <p>成功基準解析により、炉心損傷の判断基準である「燃料被覆管の最高温度が1200℃以下であること」及び「燃料被覆管の酸化量は、酸化反応が著しくなる前の被覆管厚さの15%以下であること」を満足している。これらの解析結果に基づき、本評価において使用する成功基準を設定した。</p>	<p>2. 余裕時間の取扱い</p> <p>(1) 過渡変化時</p> <p>「過渡変化時の炉心冷却機能に関する熱水力解析」については、MAAPによる事象進展解析結果を踏まえた余裕時間を指定している。設定した余裕時間については、SAFER及びCHASTEにより、事象発生30分後に手動で減圧を開始し、低圧注水系による注水を行う成功基準解析を実施しており、判断基準を満足していることを確認している。</p> <p>(2) LOCA時</p> <p>LOCAシナリオについては、全炉心損傷頻度に対する寄与が小さいことから、代表的に他のシナリオと同様に30分とした。</p> <p>3. 解析結果</p> <p>成功基準解析の結果を表2～表5に示す。</p> <p>成功基準解析により、炉心損傷の判断基準である「燃料被覆管の最高温度が1200℃以下であること」を満足している。また、LOCA時格納容器内除熱シナリオにおいては、格納容器破損防止の判断基準である「格納容器内圧力が格納容器限界圧力を超えないこと」を満足している。さらには、過渡事象等のNon-LOCA時の2次冷却系による除熱シナリオにおいては、炉心冷却性の判断基準である「2次側の除熱機能が確保され、崩壊熱を有効に除去することで、炉心露出に至らないと評価される状態」を満足している。</p>	<p>2. 余裕時間の取扱い</p> <p>(1) 2次冷却系の破断時</p> <p>2次冷却系の破断が発生した場合の破断ループの隔離に関する操作の余裕時間は、MARVEL及びSATAN-M (Small LOCA) による解析結果を踏まえた余裕時間を設定している。</p> <p>(2) 蒸気発生器伝熱管破損時</p> <p>蒸気発生器伝熱管破損が発生した場合の破損蒸気発生器の隔離に関する操作の余裕時間は、MARVELによる解析結果を踏まえた余裕時間を設定している。</p> <p>(3) 補機冷却系の故障時</p> <p>LOCA後のECCS再循環移行時に補機冷却系の故障が発生した場合の補機冷却系の負荷制限に関する操作の余裕時間は、MAAPによる解析結果を踏まえた余裕時間を設定している。</p> <p>3. 解析結果</p> <p>成功基準解析の結果を第4表～第11表に示す。</p> <p>成功基準解析により、LOCAシナリオにおいては、炉心損傷防止の判断基準である「燃料被覆管の最高温度が1200℃以下であること」を満足している。また、LOCA時格納容器内除熱シナリオにおいては、格納容器破損防止の判断基準である「格納容器内圧力が格納容器限界圧力を超えないこと」を満足している。さらには、過渡事象等のNon-LOCA時の2次冷却系による除熱シナリオにおいては、炉心冷却性の判断基準である「2次側の除熱機能が確保され、崩壊熱を有効に除去することで、炉心露出に至らないと評価される状態」を満足している。</p>	<p>【女川】</p> <p>■設計の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> ・PWRとBWRの設計の相違により考慮する緩和操作が異なる (2. に着色せず) <p>【女川】</p> <p>■評価方針の相違</p> <ul style="list-style-type: none"> ・泊はレベル1 PSA学会標準の炉心損傷判定条件に基づいて設定している ・LOCA時原子炉格納容器内除熱シナリオは、先行して格納容器が破損し格納容器再循環サンプ水が減圧沸騰して冷却材が喪失することで最終的に炉心損傷に至るシナリオを想定しているため、左記の条件を用いている ・2次冷却系による除熱シナリオでは、炉心露出に至らず給水可能な健全ループでの自然

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>なお、成功基準解析については、許認可解析で十分実績を有しているSAFER及びCHASTEを使用していることに加え、解析条件において以下を考慮することにより保守性を有している。</p> <ul style="list-style-type: none"> ● 過渡事象の代表事象は、水位の低下が最も厳しい事象である給水流量の全喪失としている。 <div data-bbox="689 651 1279 746" style="border: 1px solid black; height: 60px; width: 263px;"></div> <p>解析例として、給水流量の全喪失時、主蒸気逃がし安全弁1弁により減圧する場合の原子炉水位変化及び燃料被覆管温度変化を図2に示す。</p> <p>4. 成功基準解析に用いるコードの取扱い</p> <p>本評価においては、1. で述べたように、成功基準解析はSAFER及びCHASTEコードにて行っており、MAAPコードによる解析は熱水力挙動確認のための参考解析と位置づけている。SAFER及びCHASTEを用いる理由は、SAFERはMAAPに比べて炉心部分をより精緻に評価できるモデル(高出力バンドル/平均出力バンドルの取扱い、燃料棒表面の熱伝達係数の取扱い等)が組み込まれており、CHASTEは高温時に顕著となる輻射の影響を詳細に評価できるモデルが組み込まれていることから、燃料被覆管温度及び酸化割合を適切に評価できるためである。</p> <p style="text-align: right;">以上</p>	<p>なお、成功基準解析については、許認可解析で十分実績を有している解析コードを使用していることに加え、解析条件において以下を考慮することにより保守性を有している。</p> <ul style="list-style-type: none"> ● 過渡事象では、炉心冷却維持の観点から厳しい事象である主給水流量喪失等を想定している。(主給水流量喪失、主給水管破断、SGTR) ● LOCA シナリオの代表事象は、最も高い燃料被覆管温度を与えると考えられる低温側配管破断を想定している。 ● LOCA 時格納容器内除熱シナリオの代表事象は、破断箇所から原子炉格納容器内へ放出される冷却材の質量及びエネルギーの観点から最も厳しいと考えられる蒸気発生器出口側配管破断を想定している。 <p>解析例として、大破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析において使用している注入特性及び燃料被覆管温度変化を図1～図2に示す。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・記載充実 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違 ・PWRとBWRの相違により解析条件が異なる。厳しい事象を選定している点は同様。 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・PWRは参考解析を実施しておらず、泊は第1表に示した解析コードを用いて成功基準解析を実施している(大飯に記載はないが泊と同様の評価となっている) <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 	<p>循環冷却が確保され蒸気発生器の保有水が回復傾向にあれば十分崩壊熱除去が可能で長期的に炉心損傷に至らないとして、左記の条件を用いている (大飯に記載はないが泊と同様の評価となっている)</p>

枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																
		<p style="text-align: center;">第1表 成功基準解析で使用した解析コードについて（機器台数等に関する成功基準解析）</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 40%;">解析項目</th> <th style="width: 30%;">使用した解析コード</th> <th style="width: 30%;">解析コードの検証性</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>大破断 LOCA 時の ECCS 注水機能に関する熱水力解析 【目的】 大破断 LOCA 時に必要な低圧注入ポンプの台数の注入ループ数を確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • SATAN-M • WREFLOOD • BASH-M • COCO • LOCTA-M </td> <td rowspan="6"> 使用した解析コードについては、原子炉施設の許認可審査で十分な実績を有しており、検証が行われている。 なお、MAAP コードは MHI-NES-106A (改1) 「三菱 FWR 重大事故等対策の有効性評価にかかるシビアアクシデント解析コードについて」にて検証されている。 </td> </tr> <tr> <td>大破断 LOCA 時の格納容器内除熱機能に関する熱水力解析 【目的】 大破断 LOCA 時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • MAAP </td> </tr> <tr> <td>中破断 LOCA 時の ECCS 注水機能に関する熱水力解析 【目的】 中破断 LOCA 時に必要な蓄圧タンクの基数を確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • SATAN-M (Sub11 LOCA) • LOCTA-IV </td> </tr> <tr> <td>主給水流喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析 【目的】 主給水流喪失時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • MARVEL </td> </tr> <tr> <td>主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析 【目的】 主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • MARVEL </td> </tr> <tr> <td>主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • MARVEL </td> </tr> </tbody> </table>	解析項目	使用した解析コード	解析コードの検証性	大破断 LOCA 時の ECCS 注水機能に関する熱水力解析 【目的】 大破断 LOCA 時に必要な低圧注入ポンプの台数の注入ループ数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • SATAN-M • WREFLOOD • BASH-M • COCO • LOCTA-M 	使用した解析コードについては、原子炉施設の許認可審査で十分な実績を有しており、検証が行われている。 なお、MAAP コードは MHI-NES-106A (改1) 「三菱 FWR 重大事故等対策の有効性評価にかかるシビアアクシデント解析コードについて」にて検証されている。	大破断 LOCA 時の格納容器内除熱機能に関する熱水力解析 【目的】 大破断 LOCA 時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認	<ul style="list-style-type: none"> • MAAP 	中破断 LOCA 時の ECCS 注水機能に関する熱水力解析 【目的】 中破断 LOCA 時に必要な蓄圧タンクの基数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • SATAN-M (Sub11 LOCA) • LOCTA-IV 	主給水流喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析 【目的】 主給水流喪失時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL 	主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析 【目的】 主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL 	主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL 	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・泊はシナリオごとに成功基準解析内容及び使用した解析コードを記載している
解析項目	使用した解析コード	解析コードの検証性																	
大破断 LOCA 時の ECCS 注水機能に関する熱水力解析 【目的】 大破断 LOCA 時に必要な低圧注入ポンプの台数の注入ループ数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • SATAN-M • WREFLOOD • BASH-M • COCO • LOCTA-M 	使用した解析コードについては、原子炉施設の許認可審査で十分な実績を有しており、検証が行われている。 なお、MAAP コードは MHI-NES-106A (改1) 「三菱 FWR 重大事故等対策の有効性評価にかかるシビアアクシデント解析コードについて」にて検証されている。																	
大破断 LOCA 時の格納容器内除熱機能に関する熱水力解析 【目的】 大破断 LOCA 時に低圧再循環のみにより長期の原子炉格納容器内除熱機能が確保できることを確認	<ul style="list-style-type: none"> • MAAP 																		
中破断 LOCA 時の ECCS 注水機能に関する熱水力解析 【目的】 中破断 LOCA 時に必要な蓄圧タンクの基数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • SATAN-M (Sub11 LOCA) • LOCTA-IV 																		
主給水流喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析 【目的】 主給水流喪失時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL 																		
主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析 【目的】 主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL 																		
主給水管破断時に必要な補助給水ポンプの台数と給水蒸気発生器数を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL 																		

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由										
		<p style="text-align: center;">第2表 成功基準種解析で使用した解析コードについて（余裕時間に関する成功基準種解析）</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="width: 35%;">解析項目</th> <th style="width: 25%;">使用した解析コード</th> <th style="width: 30%;">解析コードの検証性</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>主給水喪失時のフューードアンドブリードの有効性評価に関する熱水力解析 【目的】 2次冷却系の破断が発生した場合の破断ループの隔離に関する操作の余裕時間を確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • MARVEL • SATAN-M (Small LOCA) </td> <td rowspan="3"> 使用した解析コードについては、原子炉施設設計の許認可審査で十分な実績を有しており、検証が行われている。 なお、MAP コードはMHI-NES-1064 (改1)「三菱PWR重大事故等対策の有効性評価にかかるシビアアクシデント解析コードについて」にて検証されている。 </td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器伝熱管破損に関する熱水力解析 【目的】 蒸気発生器伝熱管破損が発生した場合の破損蒸気発生器の隔離に関する操作の余裕時間を確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • MARVEL </td> </tr> <tr> <td>ECCS 再循環機能喪失時の重大事故等対策の有効性評価に関する熱水力解析 【目的】 LOCA 後の ECCS 再循環移行時に補機冷却系の故障が発生した場合の補機冷却系の負荷制限に関する操作の余裕時間を確認</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> • MAP </td> </tr> </tbody> </table>	解析項目	使用した解析コード	解析コードの検証性	主給水喪失時のフューードアンドブリードの有効性評価に関する熱水力解析 【目的】 2次冷却系の破断が発生した場合の破断ループの隔離に関する操作の余裕時間を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL • SATAN-M (Small LOCA) 	使用した解析コードについては、原子炉施設設計の許認可審査で十分な実績を有しており、検証が行われている。 なお、MAP コードはMHI-NES-1064 (改1)「三菱PWR重大事故等対策の有効性評価にかかるシビアアクシデント解析コードについて」にて検証されている。	蒸気発生器伝熱管破損に関する熱水力解析 【目的】 蒸気発生器伝熱管破損が発生した場合の破損蒸気発生器の隔離に関する操作の余裕時間を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL 	ECCS 再循環機能喪失時の重大事故等対策の有効性評価に関する熱水力解析 【目的】 LOCA 後の ECCS 再循環移行時に補機冷却系の故障が発生した場合の補機冷却系の負荷制限に関する操作の余裕時間を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MAP 	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・泊はシナリオごとに成功基準解析内容及び使用した解析コードを記載している
解析項目	使用した解析コード	解析コードの検証性											
主給水喪失時のフューードアンドブリードの有効性評価に関する熱水力解析 【目的】 2次冷却系の破断が発生した場合の破断ループの隔離に関する操作の余裕時間を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL • SATAN-M (Small LOCA) 	使用した解析コードについては、原子炉施設設計の許認可審査で十分な実績を有しており、検証が行われている。 なお、MAP コードはMHI-NES-1064 (改1)「三菱PWR重大事故等対策の有効性評価にかかるシビアアクシデント解析コードについて」にて検証されている。											
蒸気発生器伝熱管破損に関する熱水力解析 【目的】 蒸気発生器伝熱管破損が発生した場合の破損蒸気発生器の隔離に関する操作の余裕時間を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MARVEL 												
ECCS 再循環機能喪失時の重大事故等対策の有効性評価に関する熱水力解析 【目的】 LOCA 後の ECCS 再循環移行時に補機冷却系の故障が発生した場合の補機冷却系の負荷制限に関する操作の余裕時間を確認	<ul style="list-style-type: none"> • MAP 												

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																			
	<p style="text-align: center;">表1 成功基準解析の主要解析条件</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>項目</th> <th>解析条件</th> <th>安全解析（添付十）条件</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>初期原子炉熱出力</td> <td>2,436MW(定格出力)</td> <td>2,540MW (定格出力の約105%)</td> </tr> <tr> <td>初期原子炉ドーム圧力</td> <td>6.93MPa[gage] (定格圧力)</td> <td>7.17MPa[gage] (定格圧力に余裕をみた値)</td> </tr> <tr> <td>初期炉心流量</td> <td>35,600t/h(定格流量)</td> <td>37,400t/h (定格流量の105%)</td> </tr> <tr> <td>原子炉初期水位</td> <td>通常運転水位</td> <td>レベル3(スクラム水位)</td> </tr> <tr> <td>スクラム信号</td> <td>原子炉水位低(レベル3)</td> <td>同左</td> </tr> <tr> <td>崩壊熱</td> <td>ANSI/ANS5.1-1979 (33GWd/t)</td> <td>GE(平均) +3σ</td> </tr> <tr> <td>燃料</td> <td>9×9(A)</td> <td>同左</td> </tr> <tr> <td>燃料棒最大線出力密度</td> <td>44.0kW/m</td> <td>44.0kW/m×1.02</td> </tr> <tr> <td>逃がし安全弁設定圧</td> <td>逃がし弁機能を仮定 第1段：7.37MPa[gage] 第2段：7.44MPa[gage] 第3段：7.51MPa[gage] 第4段：7.58MPa[gage]</td> <td>安全弁機能を仮定 第1段：7.79MPa[gage] 第2段：8.10MPa[gage] 第3段：8.17MPa[gage] 第4段：8.24MPa[gage]</td> </tr> <tr> <td>高压炉心スプレイ系 流量</td> <td rowspan="3" style="border: 2px solid black;"></td> <td>1,050m³/h (1.38MPa[di]において)</td> </tr> <tr> <td>低压炉心スプレイ系 流量</td> <td>1,050m³/h (0.78MPa[di]において)</td> </tr> <tr> <td>低压注水系流量</td> <td>1,136m³/h (ポンプ1台当たり、 0.14MPa[di]において)</td> </tr> </tbody> </table>	項目	解析条件	安全解析（添付十）条件	初期原子炉熱出力	2,436MW(定格出力)	2,540MW (定格出力の約105%)	初期原子炉ドーム圧力	6.93MPa[gage] (定格圧力)	7.17MPa[gage] (定格圧力に余裕をみた値)	初期炉心流量	35,600t/h(定格流量)	37,400t/h (定格流量の105%)	原子炉初期水位	通常運転水位	レベル3(スクラム水位)	スクラム信号	原子炉水位低(レベル3)	同左	崩壊熱	ANSI/ANS5.1-1979 (33GWd/t)	GE(平均) +3σ	燃料	9×9(A)	同左	燃料棒最大線出力密度	44.0kW/m	44.0kW/m×1.02	逃がし安全弁設定圧	逃がし弁機能を仮定 第1段：7.37MPa[gage] 第2段：7.44MPa[gage] 第3段：7.51MPa[gage] 第4段：7.58MPa[gage]	安全弁機能を仮定 第1段：7.79MPa[gage] 第2段：8.10MPa[gage] 第3段：8.17MPa[gage] 第4段：8.24MPa[gage]	高压炉心スプレイ系 流量		1,050m ³ /h (1.38MPa[di]において)	低压炉心スプレイ系 流量	1,050m ³ /h (0.78MPa[di]において)	低压注水系流量	1,136m ³ /h (ポンプ1台当たり、 0.14MPa[di]において)	<p style="text-align: center;">第3表 成功基準解析の主要解析条件</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>項目</th> <th>解析条件</th> <th>安全解析（添付十）条件</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>炉心熱出力 (MWt)</td> <td>2,652 (誤差2%考慮)</td> <td>同左</td> </tr> <tr> <td>ループ数</td> <td>3</td> <td>同左</td> </tr> <tr> <td>1次冷却材流量 (m³/h)</td> <td>60,300</td> <td>60,600</td> </tr> <tr> <td>1次冷却材圧力 (MPa[gage])</td> <td>15.41 (誤差0.21MPaを考慮)</td> <td>同左</td> </tr> <tr> <td>炉心崩壊熱</td> <td>日本原子力学会の推奨式 に基づく崩壊熱モデル</td> <td>同左</td> </tr> <tr> <td>蒸気発生器伝熱管施設率</td> <td>10%</td> <td>同左</td> </tr> <tr> <td>単一故障 (想定故障)</td> <td>想定しない</td> <td>想定する (低压注入系1系列)</td> </tr> <tr> <td>ECCS注入特性</td> <td>最小注入特性</td> <td>同左</td> </tr> <tr> <td>補助給水流量</td> <td>最小流量</td> <td>同左</td> </tr> </tbody> </table>	項目	解析条件	安全解析（添付十）条件	炉心熱出力 (MWt)	2,652 (誤差2%考慮)	同左	ループ数	3	同左	1次冷却材流量 (m ³ /h)	60,300	60,600	1次冷却材圧力 (MPa[gage])	15.41 (誤差0.21MPaを考慮)	同左	炉心崩壊熱	日本原子力学会の推奨式 に基づく崩壊熱モデル	同左	蒸気発生器伝熱管施設率	10%	同左	単一故障 (想定故障)	想定しない	想定する (低压注入系1系列)	ECCS注入特性	最小注入特性	同左	補助給水流量	最小流量	同左	<p>【女川】 ■ 個別評価による相違</p>
項目	解析条件	安全解析（添付十）条件																																																																				
初期原子炉熱出力	2,436MW(定格出力)	2,540MW (定格出力の約105%)																																																																				
初期原子炉ドーム圧力	6.93MPa[gage] (定格圧力)	7.17MPa[gage] (定格圧力に余裕をみた値)																																																																				
初期炉心流量	35,600t/h(定格流量)	37,400t/h (定格流量の105%)																																																																				
原子炉初期水位	通常運転水位	レベル3(スクラム水位)																																																																				
スクラム信号	原子炉水位低(レベル3)	同左																																																																				
崩壊熱	ANSI/ANS5.1-1979 (33GWd/t)	GE(平均) +3σ																																																																				
燃料	9×9(A)	同左																																																																				
燃料棒最大線出力密度	44.0kW/m	44.0kW/m×1.02																																																																				
逃がし安全弁設定圧	逃がし弁機能を仮定 第1段：7.37MPa[gage] 第2段：7.44MPa[gage] 第3段：7.51MPa[gage] 第4段：7.58MPa[gage]	安全弁機能を仮定 第1段：7.79MPa[gage] 第2段：8.10MPa[gage] 第3段：8.17MPa[gage] 第4段：8.24MPa[gage]																																																																				
高压炉心スプレイ系 流量		1,050m ³ /h (1.38MPa[di]において)																																																																				
低压炉心スプレイ系 流量		1,050m ³ /h (0.78MPa[di]において)																																																																				
低压注水系流量		1,136m ³ /h (ポンプ1台当たり、 0.14MPa[di]において)																																																																				
項目	解析条件	安全解析（添付十）条件																																																																				
炉心熱出力 (MWt)	2,652 (誤差2%考慮)	同左																																																																				
ループ数	3	同左																																																																				
1次冷却材流量 (m ³ /h)	60,300	60,600																																																																				
1次冷却材圧力 (MPa[gage])	15.41 (誤差0.21MPaを考慮)	同左																																																																				
炉心崩壊熱	日本原子力学会の推奨式 に基づく崩壊熱モデル	同左																																																																				
蒸気発生器伝熱管施設率	10%	同左																																																																				
単一故障 (想定故障)	想定しない	想定する (低压注入系1系列)																																																																				
ECCS注入特性	最小注入特性	同左																																																																				
補助給水流量	最小流量	同左																																																																				

枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																															
	<p>表2 大破断LOCA時の成功基準解析結果（破断面積：約0.23m²）</p> <table border="1" data-bbox="703 209 1279 363"> <thead> <tr> <th>炉心冷却機能に係る緩和設備</th> <th>燃料被覆管の表面温度（℃）</th> <th>燃料被覆管の酸化割合（%）</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>高压炉心スプレイ系</td> <td rowspan="3">[Redacted]</td> <td rowspan="3">[Redacted]</td> <td rowspan="3">○</td> </tr> <tr> <td>低压炉心スプレイ系</td> </tr> <tr> <td>低压注水系</td> </tr> </tbody> </table> <p>表3 中破断LOCA時の成功基準解析結果（破断面積：約74cm²）</p> <table border="1" data-bbox="703 651 1279 805"> <thead> <tr> <th>炉心冷却機能に係る緩和設備</th> <th>燃料被覆管の表面温度（℃）</th> <th>燃料被覆管の酸化割合（%）</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>高压炉心スプレイ系</td> <td rowspan="3">[Redacted]</td> <td rowspan="3">[Redacted]</td> <td rowspan="3">○</td> </tr> <tr> <td>ADS+低压炉心スプレイ系</td> </tr> <tr> <td>ADS+低压注水系</td> </tr> </tbody> </table>	炉心冷却機能に係る緩和設備	燃料被覆管の表面温度（℃）	燃料被覆管の酸化割合（%）	炉心冷却の成否	高压炉心スプレイ系	[Redacted]	[Redacted]	○	低压炉心スプレイ系	低压注水系	炉心冷却機能に係る緩和設備	燃料被覆管の表面温度（℃）	燃料被覆管の酸化割合（%）	炉心冷却の成否	高压炉心スプレイ系	[Redacted]	[Redacted]	○	ADS+低压炉心スプレイ系	ADS+低压注水系	<p>第4表 大破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析</p> <table border="1" data-bbox="1310 209 1899 336"> <thead> <tr> <th>ECCS注入に係る緩和設備</th> <th>解析結果</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>蓄圧注入系</td> <td rowspan="2">燃料被覆管最高温度は1053℃であり、判断基準（≤1200℃）を満足することを確認</td> <td rowspan="2">○</td> </tr> <tr> <td>低压注入系</td> </tr> </tbody> </table> <p>第5表 大破断LOCA時の格納容器内除熱機能に関する熱水力解析</p> <table border="1" data-bbox="1310 416 1899 571"> <thead> <tr> <th>格納容器内除熱に係る緩和設備</th> <th>解析結果</th> <th>格納容器健全性の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>低压注入系</td> <td rowspan="2">格納容器内圧は限界圧力に対して十分な余裕があり、格納容器破損には至らないことを確認</td> <td rowspan="2">○</td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ系</td> </tr> </tbody> </table> <p>第6表 中破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析</p> <table border="1" data-bbox="1310 655 1899 794"> <thead> <tr> <th>ECCS機能に係る緩和設備</th> <th>解析結果</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>高压注入系</td> <td rowspan="2">燃料被覆管最高温度は751℃であり、判断基準（≤1200℃）を満足することを確認</td> <td rowspan="2">○</td> </tr> <tr> <td>蓄圧注入系</td> </tr> </tbody> </table> <p>第7表 主給水流量喪失時の補助給水機能に関する熱水力解析</p> <table border="1" data-bbox="1310 874 1899 1013"> <thead> <tr> <th>2次系冷却に係る緩和設備</th> <th>解析結果</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>補助給水系</td> <td>補助給水により健全な蒸気発生器は2次側の保有水量が回復傾向を示し、炉心冷却が維持されることを確認。</td> <td>○</td> </tr> </tbody> </table>	ECCS注入に係る緩和設備	解析結果	炉心冷却の成否	蓄圧注入系	燃料被覆管最高温度は1053℃であり、判断基準（≤1200℃）を満足することを確認	○	低压注入系	格納容器内除熱に係る緩和設備	解析結果	格納容器健全性の成否	低压注入系	格納容器内圧は限界圧力に対して十分な余裕があり、格納容器破損には至らないことを確認	○	格納容器スプレイ系	ECCS機能に係る緩和設備	解析結果	炉心冷却の成否	高压注入系	燃料被覆管最高温度は751℃であり、判断基準（≤1200℃）を満足することを確認	○	蓄圧注入系	2次系冷却に係る緩和設備	解析結果	炉心冷却の成否	補助給水系	補助給水により健全な蒸気発生器は2次側の保有水量が回復傾向を示し、炉心冷却が維持されることを確認。	○	<p>【女川】</p> <p>■個別評価による相違</p> <p>（大飯に記載はないが、各熱水力解析結果として判断基準を満足することを確認したという点は同様）</p>
炉心冷却機能に係る緩和設備	燃料被覆管の表面温度（℃）	燃料被覆管の酸化割合（%）	炉心冷却の成否																																															
高压炉心スプレイ系	[Redacted]	[Redacted]	○																																															
低压炉心スプレイ系																																																		
低压注水系																																																		
炉心冷却機能に係る緩和設備	燃料被覆管の表面温度（℃）	燃料被覆管の酸化割合（%）	炉心冷却の成否																																															
高压炉心スプレイ系	[Redacted]	[Redacted]	○																																															
ADS+低压炉心スプレイ系																																																		
ADS+低压注水系																																																		
ECCS注入に係る緩和設備	解析結果	炉心冷却の成否																																																
蓄圧注入系	燃料被覆管最高温度は1053℃であり、判断基準（≤1200℃）を満足することを確認	○																																																
低压注入系																																																		
格納容器内除熱に係る緩和設備	解析結果	格納容器健全性の成否																																																
低压注入系	格納容器内圧は限界圧力に対して十分な余裕があり、格納容器破損には至らないことを確認	○																																																
格納容器スプレイ系																																																		
ECCS機能に係る緩和設備	解析結果	炉心冷却の成否																																																
高压注入系	燃料被覆管最高温度は751℃であり、判断基準（≤1200℃）を満足することを確認	○																																																
蓄圧注入系																																																		
2次系冷却に係る緩和設備	解析結果	炉心冷却の成否																																																
補助給水系	補助給水により健全な蒸気発生器は2次側の保有水量が回復傾向を示し、炉心冷却が維持されることを確認。	○																																																

[Redacted] 枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）



第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について


大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																												
	<p>表4 小破断 LOCA 時の成功基準解析結果（破断面積：約 m²）</p> <table border="1" data-bbox="703 343 1283 470"> <thead> <tr> <th>炉心冷却機能に係る緩和設備</th> <th>燃料被覆管の表面温度 (°C)</th> <th>燃料被覆管の酸化割合 (%)</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>高圧炉心スプレイ系</td> <td rowspan="3" style="border: 2px solid black; width: 100px; height: 40px;"></td> <td rowspan="3" style="border: 2px solid black; width: 100px; height: 40px;"></td> <td rowspan="3" style="text-align: center;">○</td> </tr> <tr> <td>ADS+低圧炉心スプレイ系</td> </tr> <tr> <td>ADS+低圧注水系</td> </tr> </tbody> </table> <p>※1 </p> <p>表5 過渡事象に対する成功基準解析結果（給水流量の全喪失）</p> <table border="1" data-bbox="703 598 1267 758"> <thead> <tr> <th>炉心冷却機能に係る緩和設備</th> <th>燃料被覆管の表面温度 (°C)</th> <th>燃料被覆管の酸化割合 (%)</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>高圧炉心スプレイ系</td> <td rowspan="3" style="border: 2px solid black; width: 100px; height: 40px;"></td> <td rowspan="3" style="border: 2px solid black; width: 100px; height: 40px;"></td> <td rowspan="3" style="text-align: center;">○</td> </tr> <tr> <td>逃がし安全弁（1弁） +低圧炉心スプレイ系</td> </tr> <tr> <td>逃がし安全弁（1弁） +低圧注水系</td> </tr> </tbody> </table>	炉心冷却機能に係る緩和設備	燃料被覆管の表面温度 (°C)	燃料被覆管の酸化割合 (%)	炉心冷却の成否	高圧炉心スプレイ系			○	ADS+低圧炉心スプレイ系	ADS+低圧注水系	炉心冷却機能に係る緩和設備	燃料被覆管の表面温度 (°C)	燃料被覆管の酸化割合 (%)	炉心冷却の成否	高圧炉心スプレイ系			○	逃がし安全弁（1弁） +低圧炉心スプレイ系	逃がし安全弁（1弁） +低圧注水系	<p>第8表 主給水管破断時の補助給水機能に関する熱水力解析</p> <table border="1" data-bbox="1310 319 1892 462"> <thead> <tr> <th>2次系冷却に係る緩和設備</th> <th>解析結果</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>補助給水系</td> <td>補助給水により健全な蒸気発生器は2次側の保有水量が回復傾向を示し、炉心冷却が維持されることを確認。</td> <td style="text-align: center;">○</td> </tr> </tbody> </table> <p>第9表 主給水喪失時のフィードアンドブリードの有効性評価に関する熱水力解析</p> <table border="1" data-bbox="1310 558 1892 702"> <thead> <tr> <th>余裕時間の対象となる緩和動作</th> <th>解析結果</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>破断ループの隔離</td> <td>フィードアンドブリードにより1次系を減温・減圧し、高圧注入を促進させることで炉心冷却が維持されることを確認。</td> <td style="text-align: center;">○</td> </tr> </tbody> </table> <p>第10表 蒸気発生器伝熱管破損に関する熱水力解析</p> <table border="1" data-bbox="1310 798 1892 941"> <thead> <tr> <th>余裕時間の対象となる緩和動作</th> <th>解析結果</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>破損側蒸気発生器伝熱管の隔離</td> <td>破損 SG 隔離を適切に実施することで、破損 SG 満水を回避でき、炉心冷却が維持されることを確認。</td> <td style="text-align: center;">○</td> </tr> </tbody> </table> <p>第11表 ECCS 再循環機能喪失時の重大事故等対策の有効性評価に関する熱水力解析</p> <table border="1" data-bbox="1310 1005 1892 1149"> <thead> <tr> <th>余裕時間の対象となる緩和動作</th> <th>解析結果</th> <th>炉心冷却の成否</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>補機冷却系の負荷制限</td> <td>燃料被覆管最高温度は初期値以下であり、判断基準（≦1200°C）を満足することを確認</td> <td style="text-align: center;">○</td> </tr> </tbody> </table>	2次系冷却に係る緩和設備	解析結果	炉心冷却の成否	補助給水系	補助給水により健全な蒸気発生器は2次側の保有水量が回復傾向を示し、炉心冷却が維持されることを確認。	○	余裕時間の対象となる緩和動作	解析結果	炉心冷却の成否	破断ループの隔離	フィードアンドブリードにより1次系を減温・減圧し、高圧注入を促進させることで炉心冷却が維持されることを確認。	○	余裕時間の対象となる緩和動作	解析結果	炉心冷却の成否	破損側蒸気発生器伝熱管の隔離	破損 SG 隔離を適切に実施することで、破損 SG 満水を回避でき、炉心冷却が維持されることを確認。	○	余裕時間の対象となる緩和動作	解析結果	炉心冷却の成否	補機冷却系の負荷制限	燃料被覆管最高温度は初期値以下であり、判断基準（≦1200°C）を満足することを確認	○	<p>【女川】</p> <p>■個別評価による相違</p> <p>（大飯に記載はないが、各熱水力解析結果として判断基準を満足することを確認したという点は同様）</p>
炉心冷却機能に係る緩和設備	燃料被覆管の表面温度 (°C)	燃料被覆管の酸化割合 (%)	炉心冷却の成否																																												
高圧炉心スプレイ系			○																																												
ADS+低圧炉心スプレイ系																																															
ADS+低圧注水系																																															
炉心冷却機能に係る緩和設備	燃料被覆管の表面温度 (°C)	燃料被覆管の酸化割合 (%)	炉心冷却の成否																																												
高圧炉心スプレイ系			○																																												
逃がし安全弁（1弁） +低圧炉心スプレイ系																																															
逃がし安全弁（1弁） +低圧注水系																																															
2次系冷却に係る緩和設備	解析結果	炉心冷却の成否																																													
補助給水系	補助給水により健全な蒸気発生器は2次側の保有水量が回復傾向を示し、炉心冷却が維持されることを確認。	○																																													
余裕時間の対象となる緩和動作	解析結果	炉心冷却の成否																																													
破断ループの隔離	フィードアンドブリードにより1次系を減温・減圧し、高圧注入を促進させることで炉心冷却が維持されることを確認。	○																																													
余裕時間の対象となる緩和動作	解析結果	炉心冷却の成否																																													
破損側蒸気発生器伝熱管の隔離	破損 SG 隔離を適切に実施することで、破損 SG 満水を回避でき、炉心冷却が維持されることを確認。	○																																													
余裕時間の対象となる緩和動作	解析結果	炉心冷却の成否																																													
補機冷却系の負荷制限	燃料被覆管最高温度は初期値以下であり、判断基準（≦1200°C）を満足することを確認	○																																													

 枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について



大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p data-bbox="913 810 1059 834">図1 注水特性</p>	 <p data-bbox="1373 810 1823 890">第1図 大破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析 において使用している注入特性 （余熱除去ポンプ2台、健全側1ループへ注入）</p>	<p data-bbox="1921 384 2085 435">【女川】 ■個別評価による相違</p>

 枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

 枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.c-3 成功基準の設定時の解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p data-bbox="779 679 1227 699">図2 給水流量全喪失時の原子炉水位変化及び燃料被覆管温度変化</p>	 <p data-bbox="1317 754 1883 774">第2図 大破断LOCA時のECCS注水機能に関する熱水力解析時の燃料被覆管温度変化</p>	<p data-bbox="1921 316 2085 368">【女川】 ■ 個別評価による相違</p>

 枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

 枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシスグループ及び重要事故シナシス等の選定について
 補足 3.1.1.d-1 イベントツリーの作成例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																																																																
<p style="text-align: right;">補足6</p> <p style="text-align: center;">イベントツリーの作成例について</p> <p>起回事象ごとに、安全機能及び成功基準の同定に基づいて、イベントツリーのヘディングを設定する。事象の進展や機能上の相互関係を考慮して、ヘディングの順番を定め、各ヘディングにおける分岐の有無を考慮して事故シナシスを網羅的に展開する。ヘディングは原則、時系列に並べるが、解析の効率性の観点から順番を入れ替える場合もある。</p> <table border="1" data-bbox="100 730 672 981"> <thead> <tr> <th>小破断LOCA</th> <th>原子炉トリップ</th> <th>補助給水</th> <th>高圧注入</th> <th>格納容器スプレイ注入</th> <th>高圧再循環</th> <th>格納容器スプレイ再循環</th> <th>事故シナシス</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>炉心冷却成功</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 格納容器スプレイ再循環失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 高圧再循環失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 高圧注入失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 補助給水失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>ATWSへ</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center;">図1：イベントツリー図（小破断LOCA）</p> <p>【最終状態について（例：小破断LOCA）】</p> <p>炉心冷却成功： 原子炉トリップ、補助給水、高圧注入、格納容器スプレイ注入、高圧再循環、格納容器スプレイ再循環のすべてに成功した場合、炉心冷却成功となる。</p> <p>炉心損傷： ・原子炉トリップに失敗 ATWSとなり、AM策に期待していないため炉心損傷に至る。 ・補助給水に失敗 2次冷却系からの除熱に失敗し、炉心損傷に至る。 ・高圧注入に失敗</p>	小破断LOCA	原子炉トリップ	補助給水	高圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	事故シナシス								炉心冷却成功								小破断LOCA + 格納容器スプレイ再循環失敗								小破断LOCA + 高圧再循環失敗								小破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗								小破断LOCA + 高圧注入失敗								小破断LOCA + 補助給水失敗								ATWSへ		<p style="text-align: right;">補足3.1.1.d-1</p> <p style="text-align: center;">イベントツリーの作成例について</p> <p>起回事象ごとに、安全機能及び成功基準の同定に基づいて、イベントツリーのヘディングを設定する。事象の進展や機能上の相互関係を考慮して、ヘディングの順番を定め、各ヘディングにおける分岐の有無を考慮して事故シナシスを網羅的に展開する。ヘディングは原則、時系列に並べるが、解析の効率性の観点から順番を入れ替える場合もある。</p> <table border="1" data-bbox="1310 742 1892 957"> <thead> <tr> <th>小破断LOCA</th> <th>原子炉トリップ</th> <th>補助給水</th> <th>高圧注入</th> <th>格納容器スプレイ注入</th> <th>高圧再循環</th> <th>格納容器スプレイ再循環</th> <th>事故シナシス</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>炉心冷却成功</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 格納容器スプレイ再循環失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 高圧再循環失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 高圧注入失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>小破断LOCA + 補助給水失敗</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>ATWSへ</td> </tr> </tbody> </table> <p style="text-align: center;">図 イベントツリー図（小破断LOCA）</p> <p>【最終状態について（例：小破断LOCA）】</p> <p>炉心冷却成功： 原子炉トリップ、補助給水、高圧注入、格納容器スプレイ注入、高圧再循環、格納容器スプレイ再循環のすべてに成功した場合、炉心冷却成功となる。</p> <p>炉心損傷： ・原子炉トリップに失敗 ATWSとなり、AM策に期待していないため炉心損傷に至る。 ・補助給水に失敗 2次冷却系からの除熱に失敗し、炉心損傷に至る。 ・高圧注入に失敗</p>	小破断LOCA	原子炉トリップ	補助給水	高圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	事故シナシス								炉心冷却成功								小破断LOCA + 格納容器スプレイ再循環失敗								小破断LOCA + 高圧再循環失敗								小破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗								小破断LOCA + 高圧注入失敗								小破断LOCA + 補助給水失敗								ATWSへ	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川に該当する資料がないため大飯と比較する <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違
小破断LOCA	原子炉トリップ	補助給水	高圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	事故シナシス																																																																																																																												
							炉心冷却成功																																																																																																																												
							小破断LOCA + 格納容器スプレイ再循環失敗																																																																																																																												
							小破断LOCA + 高圧再循環失敗																																																																																																																												
							小破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗																																																																																																																												
							小破断LOCA + 高圧注入失敗																																																																																																																												
							小破断LOCA + 補助給水失敗																																																																																																																												
							ATWSへ																																																																																																																												
小破断LOCA	原子炉トリップ	補助給水	高圧注入	格納容器スプレイ注入	高圧再循環	格納容器スプレイ再循環	事故シナシス																																																																																																																												
							炉心冷却成功																																																																																																																												
							小破断LOCA + 格納容器スプレイ再循環失敗																																																																																																																												
							小破断LOCA + 高圧再循環失敗																																																																																																																												
							小破断LOCA + 格納容器スプレイ注入失敗																																																																																																																												
							小破断LOCA + 高圧注入失敗																																																																																																																												
							小破断LOCA + 補助給水失敗																																																																																																																												
							ATWSへ																																																																																																																												

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-1 イベントツリーの作成例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>1次冷却材が喪失し、炉心損傷に至る。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 高圧再循環に失敗 <p>長期の炉心冷却に失敗し、炉心損傷に至る。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 格納容器スプレイ注入及び再循環に失敗 <p>格納容器の内圧上昇抑制に失敗し、格納容器が過圧破損する。引き続き、再循環サンプル水が減圧沸騰しECCS再循環も不能となるため、炉心損傷に至る（格納容器先行破損）。</p>		<p>1次冷却材が喪失し、炉心損傷に至る。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 高圧再循環に失敗 <p>長期の炉心冷却に失敗し、炉心損傷に至る。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 格納容器スプレイ注入及び再循環に失敗 <p>格納容器の内圧上昇抑制に失敗し、格納容器が過圧破損する。引き続き、再循環サンプル水が減圧沸騰しECCS再循環も不能となるため、炉心損傷に至る（格納容器先行破損）。</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-2 イベントツリーのヘディングに含まない主要な緩和設備について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																					
<p style="text-align: right;">補足7</p> <p>イベントツリーのヘディングに含まない主要な緩和設備について</p> <p>PRAにおいては、起因事象が発生した際、事象の進展を緩和させるために必要となる緩和設備は、発生する起因事象により異なることから、イベントツリー作成の際には成功基準解析の結果等を参考に、緩和設備（ヘディング）の要否判断を行っている。以下にヘディングとして不要と判断した理由を示す。</p>		<p style="text-align: right;">補足3.1.1.d-2</p> <p>イベントツリーのヘディングに含まない主要な緩和設備について</p> <p>PRAにおいては、起因事象が発生した際、事象の進展を緩和させるために必要となる緩和設備は、発生する起因事象により異なることから、イベントツリー作成の際には成功基準解析の結果等を参考に、緩和設備（ヘディング）の要否判断を行っている。以下にヘディングとして不要と判断した理由を示す。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川に該当する資料がないため大飯と比較する <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 																																																					
<table border="1"> <thead> <tr> <th>ヘディング</th> <th>設定しない起因事象</th> <th>理由</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>原子炉トリップ</td> <td>○大、中破断 LOCA ○ATWS ○手動停止</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・大、中破断 LOCA 時は炉心部での冷却材密度の低下（ボイド発生）が短時間で生じるため、原子炉トリップに期待していない。 ・ATWS は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下同じ）。 ・手動停止では原子炉トリップに期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>高圧注入</td> <td>○中、小破断 LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・高圧注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入（再循環）に期待していない。 ・大破断 LOCA 発生時にも注入は実施されるが、注入流量が小さく、注入に失敗しても炉心損傷に至らないためヘディングに設定していない。 </td> </tr> <tr> <td>高圧再循環</td> <td>○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・IS-LOCA は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下、同じ）。 </td> </tr> <tr> <td>低圧注入</td> <td>○大破断 LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入（再循環）に期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>低圧再循環</td> <td>○大破断 LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・中、小破断 LOCA は 1 次系が高圧状態であり、低圧注入（再循環）機能には期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>蓄圧注入</td> <td>○大、中破断 LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・蓄圧注入は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入に期待していない。 ・小破断 LOCA は 1 次系が高圧状態であり、蓄圧注入機能に期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ注入</td> <td>○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では当該機能に期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ再循環</td> <td>○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では当該機能に期待していない。 </td> </tr> </tbody> </table>	ヘディング	設定しない起因事象	理由	原子炉トリップ	○大、中破断 LOCA ○ATWS ○手動停止	<ul style="list-style-type: none"> ・大、中破断 LOCA 時は炉心部での冷却材密度の低下（ボイド発生）が短時間で生じるため、原子炉トリップに期待していない。 ・ATWS は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下同じ）。 ・手動停止では原子炉トリップに期待していない。 	高圧注入	○中、小破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・高圧注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入（再循環）に期待していない。 ・大破断 LOCA 発生時にも注入は実施されるが、注入流量が小さく、注入に失敗しても炉心損傷に至らないためヘディングに設定していない。 	高圧再循環	○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・IS-LOCA は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下、同じ）。 	低圧注入	○大破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・低圧注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入（再循環）に期待していない。 	低圧再循環	○大破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・中、小破断 LOCA は 1 次系が高圧状態であり、低圧注入（再循環）機能には期待していない。 	蓄圧注入	○大、中破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・蓄圧注入は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入に期待していない。 ・小破断 LOCA は 1 次系が高圧状態であり、蓄圧注入機能に期待していない。 	格納容器スプレイ注入	○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では当該機能に期待していない。 	格納容器スプレイ再循環	○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では当該機能に期待していない。 		<table border="1"> <thead> <tr> <th>ヘディング</th> <th>設定しない起因事象</th> <th>理由</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>原子炉トリップ</td> <td>○大、中破断LOCA ○ATWS ○手動停止</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・大、中破断LOCA時は炉心部での冷却材密度の低下（ボイド発生）が短時間で生じるため、原子炉トリップに期待していない。 ・ATWS は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下同じ）。 ・手動停止では原子炉トリップに期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>高圧注入</td> <td>○中、小破断LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・高圧注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入（再循環）に期待していない。 ・大破断LOCA発生時にも注入は実施されるが、注入流量が小さく、注入に失敗しても炉心損傷に至らないためヘディングに設定していない。 </td> </tr> <tr> <td>高圧再循環</td> <td>○大、中、小破断LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・IS-LOCAは事象発生後の緩和手段には期待していない（以下、同じ）。 </td> </tr> <tr> <td>低圧注入</td> <td>○大破断LOCA以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入（再循環）に期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>低圧再循環</td> <td>○大、中、小破断LOCA以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・中、小破断LOCAは1次系が高圧状態であり、低圧注入（再循環）機能には期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>蓄圧注入</td> <td>○大、中破断LOCA 以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・蓄圧注入は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入に期待していない。 ・小破断LOCAは1次系が高圧状態であり、蓄圧注入機能に期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ注入</td> <td>○大、中、小破断LOCA以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では当該機能に期待していない。 </td> </tr> <tr> <td>格納容器スプレイ再循環</td> <td>○大、中、小破断LOCA以外の起因事象</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では当該機能に期待していない。 </td> </tr> </tbody> </table>	ヘディング	設定しない起因事象	理由	原子炉トリップ	○大、中破断LOCA ○ATWS ○手動停止	<ul style="list-style-type: none"> ・大、中破断LOCA時は炉心部での冷却材密度の低下（ボイド発生）が短時間で生じるため、原子炉トリップに期待していない。 ・ATWS は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下同じ）。 ・手動停止では原子炉トリップに期待していない。 	高圧注入	○中、小破断LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・高圧注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入（再循環）に期待していない。 ・大破断LOCA発生時にも注入は実施されるが、注入流量が小さく、注入に失敗しても炉心損傷に至らないためヘディングに設定していない。 	高圧再循環	○大、中、小破断LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・IS-LOCAは事象発生後の緩和手段には期待していない（以下、同じ）。 	低圧注入	○大破断LOCA以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・低圧注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入（再循環）に期待していない。 	低圧再循環	○大、中、小破断LOCA以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・中、小破断LOCAは1次系が高圧状態であり、低圧注入（再循環）機能には期待していない。 	蓄圧注入	○大、中破断LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・蓄圧注入は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入に期待していない。 ・小破断LOCAは1次系が高圧状態であり、蓄圧注入機能に期待していない。 	格納容器スプレイ注入	○大、中、小破断LOCA以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では当該機能に期待していない。 	格納容器スプレイ再循環	○大、中、小破断LOCA以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では当該機能に期待していない。
ヘディング	設定しない起因事象	理由																																																						
原子炉トリップ	○大、中破断 LOCA ○ATWS ○手動停止	<ul style="list-style-type: none"> ・大、中破断 LOCA 時は炉心部での冷却材密度の低下（ボイド発生）が短時間で生じるため、原子炉トリップに期待していない。 ・ATWS は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下同じ）。 ・手動停止では原子炉トリップに期待していない。 																																																						
高圧注入	○中、小破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・高圧注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入（再循環）に期待していない。 ・大破断 LOCA 発生時にも注入は実施されるが、注入流量が小さく、注入に失敗しても炉心損傷に至らないためヘディングに設定していない。 																																																						
高圧再循環	○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・IS-LOCA は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下、同じ）。 																																																						
低圧注入	○大破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・低圧注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入（再循環）に期待していない。 																																																						
低圧再循環	○大破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・中、小破断 LOCA は 1 次系が高圧状態であり、低圧注入（再循環）機能には期待していない。 																																																						
蓄圧注入	○大、中破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・蓄圧注入は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では 1 次系への注入に期待していない。 ・小破断 LOCA は 1 次系が高圧状態であり、蓄圧注入機能に期待していない。 																																																						
格納容器スプレイ注入	○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では当該機能に期待していない。 																																																						
格納容器スプレイ再循環	○大、中、小破断 LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA 事象に必要な機能であり、Non-LOCA 事象では当該機能に期待していない。 																																																						
ヘディング	設定しない起因事象	理由																																																						
原子炉トリップ	○大、中破断LOCA ○ATWS ○手動停止	<ul style="list-style-type: none"> ・大、中破断LOCA時は炉心部での冷却材密度の低下（ボイド発生）が短時間で生じるため、原子炉トリップに期待していない。 ・ATWS は事象発生後の緩和手段には期待していない（以下同じ）。 ・手動停止では原子炉トリップに期待していない。 																																																						
高圧注入	○中、小破断LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・高圧注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入（再循環）に期待していない。 ・大破断LOCA発生時にも注入は実施されるが、注入流量が小さく、注入に失敗しても炉心損傷に至らないためヘディングに設定していない。 																																																						
高圧再循環	○大、中、小破断LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・IS-LOCAは事象発生後の緩和手段には期待していない（以下、同じ）。 																																																						
低圧注入	○大破断LOCA以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・低圧注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入（再循環）に期待していない。 																																																						
低圧再循環	○大、中、小破断LOCA以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・中、小破断LOCAは1次系が高圧状態であり、低圧注入（再循環）機能には期待していない。 																																																						
蓄圧注入	○大、中破断LOCA 以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・蓄圧注入は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では1次系への注入に期待していない。 ・小破断LOCAは1次系が高圧状態であり、蓄圧注入機能に期待していない。 																																																						
格納容器スプレイ注入	○大、中、小破断LOCA以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では当該機能に期待していない。 																																																						
格納容器スプレイ再循環	○大、中、小破断LOCA以外の起因事象	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器スプレイ注入（再循環）は、LOCA事象に必要な機能であり、Non-LOCA事象では当該機能に期待していない。 																																																						

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.1.d-2 イベントツリーのヘディングに含まない主要な緩和設備について

大飯発電所3/4号炉			女川原子力発電所2号炉			泊発電所3号炉			相違理由
ヘディング	設定しない 起回事象	理由				ヘディング	設定しない 起回事象	理由	
補助給水	○大破断 LOCA ○中破断 LOCA ○IS-LOCA ○ATWS	・補助給水は1次系への注入が困難な起回事象発生時に、1次系の除熱及び減圧を実施するために必要な機能であり、1次系への注入機能により十分な冷却機能が確保される。大、中破断 LOCA では補助給水の機能に期待していない。				補助給水	○大破断LOCA ○中破断LOCA ○IS-LOCA ○ATWS	・補助給水は1次系への注入が困難な起回事象発生時に、1次系の除熱及び減圧を実施するために必要な機能であり、1次系への注入機能により十分な冷却機能が確保される。大、中破断LOCAでは補助給水の機能に期待していない。	
破損 SG 隔離	○SGTR 以外の起回事象	・SGTR 発生時にのみ必要な緩和機能である。				破損SG隔離	○SGTR以外の起回事象	・SGTR発生時にのみ必要な緩和機能である。	
主蒸気隔離	○2次冷却系の破断以外の起回事象	・2次冷却系の破断事象発生時にのみ必要な緩和機能である。				主蒸気隔離	○2次冷却系の破断以外の起回事象	・2次冷却系の破断事象発生時にのみ必要な緩和機能である。	
加圧器弁逃がし弁/安全弁 LOCA	○原子炉補機冷却機能喪失以外の起回事象	・加圧器逃がし弁/安全弁 LOCA は、過渡事象、主給水流量喪失、外部電源喪失、原子炉補機冷却機能喪失時に発生し得る事象であり、原子炉補機冷却機能喪失以外の起回事象で発生した場合は事象進展を考慮し、小破断 LOCA 相当の事象として扱っている。				加圧器弁逃がし弁/安全弁 LOCA	○原子炉補機冷却機能喪失以外の起回事象	・加圧器逃がし弁/安全弁LOCAは、過渡事象、主給水流量喪失、外部電源喪失、原子炉補機冷却機能喪失時に発生し得る事象であり、原子炉補機冷却機能喪失以外の起回事象で発生した場合は事象進展を考慮し、小破断LOCA相当の事象として扱っている。	
RCP シール LOCA	○原子炉補機冷却機能喪失以外の起回事象	・RCP シール LOCA は原子炉補機冷却機能喪失時に発生し得る事象であるため、その他の起回事象ではヘディングに設定していない。				RCPシールLOCA	○原子炉補機冷却機能喪失以外の起回事象	・RCPシールLOCAは原子炉補機冷却機能喪失時に発生し得る事象であるため、その他の起回事象ではヘディングに設定していない。	
非常用所内交流電源	○外部電源喪失以外の起回事象	・非常用所内交流電源は外部電源喪失時にのみ必要な緩和機能である。				非常用所内交流電源	○外部電源喪失以外の起回事象	・非常用所内交流電源は外部電源喪失時にのみ必要な緩和機能である。	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.d-1</p> <p style="text-align: center;">女川原子力発電所2号機 内部事象運転時レベル1 PRA イベントツリー</p> <p style="text-align: center;">目次</p> <p>各ヘディングの概要</p> <p>1. 非隔離事象</p> <ul style="list-style-type: none"> ○ 非隔離事象ATWS (TT) 図1-1 ○ 非隔離事象 (TT_S) 図1-2 <p>2. 隔離事象</p> <ul style="list-style-type: none"> ○ 隔離事象ATWS (TM) 図2-1 ○ 隔離事象 (TM_S) 図2-2 <p>3. 全給水喪失</p> <ul style="list-style-type: none"> ○ 全給水喪失時ATWS (TF) 図3-1 ○ 全給水喪失時 (TF_S) 図3-2 <p>4. 水位低下事象</p> <ul style="list-style-type: none"> ○ 水位低下事象ATWS (TOTF) 図4-1 ○ 水位低下事象 (TOTF_S) 図4-2 <p>5. RPS誤動作等</p> <ul style="list-style-type: none"> ○ RPS誤動作等 (TO) 図5 <p>6. 外部電源喪失 (TE) 図6-1</p> <ul style="list-style-type: none"> ○ 外部電源喪失 (TE_0) (外電復旧後) 図6-2 ○ 外部電源喪失 (TE_1) (DG-A, B 成功) 図6-3 ○ 外部電源喪失 (TE_2) (DG-B 失敗) 図6-4 ○ 外部電源喪失 (TE_3) (DG-A 失敗) 図6-5 ○ 外部電源喪失 (TE_4) (DG-A, B 失敗) 図6-6 ○ 外部電源喪失 (TE_5) (直流電源喪失) 図6-7 	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.d-3</p> <p style="text-align: center;">泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1 PRA イベントツリー</p> <p style="text-align: center;">目次</p> <p>各ヘディングの概要</p> <ul style="list-style-type: none"> ○ 大破断LOCAイベントツリー..... 第1図 ○ 中破断LOCAイベントツリー..... 第2図 ○ 小破断LOCAイベントツリー..... 第3図 ○ インターフェイスシステムLOCAイベントツリー..... 第4図 ○ 主給水流量喪失イベントツリー..... 第5図 ○ 外部電源喪失イベントツリー..... 第6図 ○ ATWSイベントツリー..... 第7図 ○ 2次冷却系の破断イベントツリー..... 第8図 ○ 蒸気発生器伝熱管破損イベントツリー..... 第9図 ○ 過渡事象イベントツリー..... 第10図 ○ 原子炉補機冷却機能喪失イベントツリー..... 第11図 ○ 手動停止イベントツリー..... 第12図 	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■名称の相違 ・申請プラント <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・PWR と BWR の相違により、評価対象とする起因事象が異なる（大飯に記載はないが泊と同様の評価となっている（着色せず））

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<ul style="list-style-type: none"> ○ 外部電源喪失 (TE_6) (ATWS) 図6-8 7. SR 弁誤開放 <ul style="list-style-type: none"> ○ SR 弁誤開放ATWS (TI) 図7-1 ○ SR 弁誤開放 (TI_S) 図7-2 8. 小破断LOCA <ul style="list-style-type: none"> ○ 小破断LOCA (S2) 図8 9. 中破断LOCA <ul style="list-style-type: none"> ○ 中破断LOCA (S1) 図9 10. 大破断LOCA <ul style="list-style-type: none"> ○ 大破断LOCA (A) 図10 11. 原子炉補機冷却系1系列故障 <ul style="list-style-type: none"> ○ 補機冷却系A系喪失 (MRCA) 図11-1 ○ 補機冷却系B系喪失 (MRCB) 図11-2 12. 非常用交流電源1系列故障 <ul style="list-style-type: none"> ○ 交流母線C喪失 (MACC) 図12-1 ○ 交流母線D喪失 (MACD) 図12-2 13. 直流電源1系列故障 <ul style="list-style-type: none"> ○ 直流母線A喪失 (MDCA) 図13-1 ○ 直流母線B喪失 (MDCB) 図13-2 14. タービン・サポート系故障 <ul style="list-style-type: none"> ○ タービン・サポート系故障 (TS) 図14 15. 通常停止 <ul style="list-style-type: none"> ○ 通常停止 (MS) 図15 16. ISLOCA <ul style="list-style-type: none"> ○ ISLOCA (低圧配管_隔離成功) (LP_IS) 図16-1 ○ ISLOCA (低圧配管_隔離失敗) (LP_IF) 図16-2 ○ ISLOCA (高圧配管_隔離成功) (HP_IS) 図16-3 ○ ISLOCA (高圧配管_隔離失敗) (HP_IF) 図16-4 		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">各ヘディングの概要</p> <p>イベントツリーにおける各ヘディングについて、以下にその概要を示す。</p> <p>1. 原子炉停止機能 (1) スクラム電気系 原子炉停止機能喪失事象（ATWS）のイベントツリーで設定している。原子炉保護系（RPS）についてのヘディングであり、信号系についてフォールトツリーを用いて非信頼度を定めている。</p> <p>(2) スクラム機械系 原子炉停止機能喪失事象（ATWS）のイベントツリーで設定しており、スクラムに関する機械側のヘディングである。制御棒とスクラム排出容器（SDV）まわりの故障についてフォールトツリーを用いて非信頼度を定めている。 制御棒の故障として、 の制御棒の挿入に失敗すると未臨界を確保できないという過去の知見^[1]を基に の制御棒の挿入に失敗する確率を算出している（制御棒の失敗確率の根拠及び詳細は別紙3.1.1.e-1参照）。</p> <p>2. 原子炉圧力制御 (1) S/R弁開放 過渡事象発生後の原子炉圧力制御に関するヘディングである。 スクラム成功後のイベントツリーでは、主蒸気逃がし安全弁（S/R弁）が1弁でも開放されれば原子炉圧力制御に成功するものとし、主蒸気逃がし安全弁全弁（11弁）の開放に失敗する（1弁も開放に成功しない）確率を設定している。主蒸気逃がし安全弁全弁（11弁）の開放に失敗する（1弁も開放に成功しない）確率は非常に低いと考えられることから、非常に小さい失敗確率 を割り当てている。</p> <p>(2) S/R弁再閉鎖 過渡事象発生後の原子炉圧力制御に関するヘディングである。 </p>	<p style="text-align: center;">各ヘディングの概要</p> <p>イベントツリーにおける各ヘディングについて、以下にその概要を示す。</p> <p>1. 原子炉停止機能 (1) 原子炉トリップ 大破断LOCA、 中破断LOCA及び手動停止以外の原子炉トリップが必要な起因事象のイベントツリーで設定している。炉心に負の反応度を追加することで炉心を未臨界にする機能であり、 制御棒クラスタ、 原子炉トリップ信号、 原子炉トリップ遮断器の故障等についてフォールトツリーでモデル化し、 非信頼度を定めている。 制御棒クラスタについて、 泊3号機の許認可代表炉心において、 48本の制御棒のうち大きな反応度制御能力を有する の固着を想定した評価を行い、 未臨界が確保されることを確認している。この知見に基づき、 の制御棒の挿入に失敗する確率を算出している。</p>	<p>【女川】</p> <p>■設計の相違</p> <p>・PWRとBWRの相違により、評価対象とするイベントツリーのヘディングが異なる（大飯に記載はないが泊と同様の評価となっている）（着色せず）</p>

 枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

 枠囲みの内容は機密情報に属しますので公開できません。

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>3. 原子炉注水</p> <p>(1) 給水系</p> <p>主復水器で主蒸気を凝縮し、給水として原子炉に注水する機能をモデル化している。高圧注水及び原子炉からの除熱を同時に達成するヘディングであり、給復水機能(給水ポンプ、高圧/低圧復水ポンプ等)故障及びサポート系故障、復水器ホットウェルの水位制御等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(2) HPCS</p> <p>高圧炉心スプレイ系(HPCS)による注水について、HPCSに関連する機械(ポンプ及び弁等)、信号、サポート系(補機冷却系、電源、空調)故障についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(3) RCIC</p> <p>原子炉隔離時冷却系(RCIC)による注水について、原子炉隔離時冷却系に関連する機械(ポンプ及び弁等)、信号系、制御電源故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。主蒸気逃がし安全弁再閉鎖に失敗した場合や大破断LOCA及び中破断LOCAでは期待できないものとしている。</p> <p>(4) 原子炉減圧</p> <p>原子炉減圧機能について、逃がし弁機能による減圧失敗(手動起動失敗、電磁弁開放用直流電源故障)及び自動減圧機能(ADS)による減圧失敗(ADS電磁弁信号故障等)についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>自動減圧機能については中破断LOCA及び小破断LOCAで期待しており、LOCA以外の過渡事象時においては、手動起動による減圧機能喪失確率を非信頼度として定めている。</p> <p>また、大破断LOCAでは破断口からの流出により原子炉が低圧状態まで速やかに減圧されるものと考え、ヘディングを設定していない。</p> <p>(5) 復水系</p> <p>主復水器ホットウェルを水源として、復水系により原子炉に低圧で注水する機能をモデル化しており、復水系に関連する機械(高圧/低圧復水ポンプ及び弁等)、サポート系故障、復水器ホットウェルの</p>	<p>2. 原子炉注水</p> <p>(1) 低圧注入</p> <p>大破断LOCA時のイベントツリーで設定している。原子炉に燃料取替用水ピット水を注水する機能であり、低圧注入に関連する機器(低圧注入ポンプ、弁等)、信号、サポート系(原子炉補機冷却水系、電源)故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(2) 蓄圧注入</p> <p>大破断LOCA及び中破断LOCA時のイベントツリーで設定している。蓄圧タンク水を原子炉に注水する機能であり、蓄圧注入に関連する機器(蓄圧タンク、弁)故障についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(3) 高圧注入</p> <p>中破断LOCA及び小破断LOCA時のイベントツリーで設定している。燃料取替用水ピット水を原子炉に注水する機能であり、高圧注入に関連する機器(高圧注入ポンプ、弁等)、信号、サポート系(原子炉補機冷却水系、電源)故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(4) 低圧再循環</p> <p>大破断LOCA時のイベントツリーで設定している。格納容器再循環サンプル水を原子炉に注水する機能であり、低圧再循環に関連する機器(低圧注入ポンプ、余熱除去冷却器、弁等)、信号、サポート系(原子炉補機冷却水系、電源)故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(5) 高圧再循環</p> <p>LOCA時のイベントツリーで設定している。格納容器再循環サンプル水を原子炉に注水する機能であり、高圧再循環に関連する機器(高圧注入ポンプ、弁等)、信号、サポート系(原子炉補機冷却水系、</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>水源確保等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(6) LPCS 低圧炉心スプレイ系(LPCS)による注水について、低圧炉心スプレイ系に関連する機械(ポンプ及び弁等)、信号、サポート系(補機冷却系、電源、空調)故障についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(7) LPCI-A, LPCI-B, LPCI-C 低圧炉心注水系(LPCI)による注水について、低圧炉心注水系に関連する機械(ポンプ及び弁等)、信号、サポート系(補機冷却系、電源、空調)故障、共通原因故障等をフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>4. 格納容器除熱 (1) PCS 主復水器で主蒸気を凝縮し、復水系(低圧系)を用いて原子炉に注水する機能をモデル化している。主蒸気隔離弁の再開失敗、復水器の機能喪失(オフガス系、循環水系等の機能喪失等)及び復水器からの送水機能の喪失(低圧復水ポンプの故障等)についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(2) RHR-A, RHR-B 残留熱除去系(RHR)による格納容器除熱(ドライウェルスプレイ又はサプレッションチェンバークーリング)について、残留熱除去系に関連する機械(ポンプ及び弁等)、起動操作、サポート系(補機冷却系、電源系、空調)故障、共通原因故障等をフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p>	<p>電源)故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>3. 格納容器除熱 (1) 格納容器スプレイ注入 LOCA時のイベントツリーで設定している。燃料取替用水ビット水を原子炉格納容器内にスプレイする機能であり、格納容器スプレイ注入に関連する機器(格納容器スプレイポンプ、弁等)、信号、サポート系(原子炉補機冷却水系、電源)故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(2) 格納容器スプレイ再循環 LOCA時のイベントツリーで設定している。格納容器再循環サンプル水を原子炉格納容器内にスプレイする機能であり、格納容器スプレイ再循環に関連する機器(格納容器スプレイポンプ、格納容器スプレイ冷却器、弁等)、信号、サポート系(原子炉補機冷却水系、電源)故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>4. 2次冷却系からの除熱 (1) 補助給水 主給水流量喪失等の2次冷却系からの除熱が必要な事象時のイベントツリーで設定している。補助給水ビット水を蒸気発生器(SG)に給水する機能であり、補助給水に関連する機器(補助給水ポンプ、弁等)、信号、サポート系(電源、空調)故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>5. 電源</p> <p>(1) 直流電源喪失 外部電源喪失事象のイベントツリーで設定している。直流電源供給の失敗について、バッテリー、遮断器、共通原因故障等をフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(2) 外部電源復旧30分 外部電源喪失事象のイベントツリーで設定している。外部電源喪失後、30分以内の外部電源復旧失敗確率を、外部電源喪失の継続時間と外部電源復旧失敗確率の相関式(別紙3.1.1.f-4参照)から定めている。</p> <p>(3) D/G-A, D/G-B 外部電源喪失事象のイベントツリーで設定している。外部電源喪失及び短時間(30分)での外部電源復旧失敗後の非常用ディーゼル発電機(D/G)での電源供給について、非常用ディーゼル発電機への電源切替の失敗、共通原因故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(4) 外部電源復旧8時間 外部電源喪失事象のイベントツリーで設定している。外部電源喪失及び短時間(30分)での外部電源復旧失敗後、原子炉注水に成功した場合に、格納容器除熱のための電源復旧手段としての長期の外部電源復旧失敗確率を、外部電源喪失の継続時間と外部電源復旧失敗確率の相関式(別紙3.1.1.f-4参照)から定めている。</p> <p>6. その他</p> <p>(1) 同時メンテナンス禁止 プラント運転中のメンテナンスについて、保安規定により同時メンテナンスが制限されている系統の組合せが存在する。このようなメンテナンス事象の組合せを除外したフォールトツリーを作成し、評価から除外されるようにヘディングに設定した。</p> <p>[1]電力共同研究「BWRプラントの運転ガイドラインの開発に関する研究」(1985)</p>	<p>トツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>5. 電源</p> <p>(1) 非常用所内電源 外部電源喪失時のイベントツリーで設定している。ディーゼル発電機により非常用高圧母線に給電する機能であり、非常用所内電源に関連する機器(ディーゼル発電機、遮断器等)信号、サポート系(原子炉補機冷却海水系、空調)故障等についてフォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>6. その他</p> <p>(1) 主蒸気隔離 2次冷却系の破断時のイベントツリーで設定している。2次冷却系の破断時に健全ループの主蒸気系から破断箇所へ無制限に蒸気が流入し、健全ループのSGによる冷却を妨げることを防ぐために、破断ループを隔離する必要があり、主蒸気隔離弁閉止、タービン動補助給水ポンプ駆動用蒸気ラインの隔離に係る故障等について、フォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	以上	<p>(2) 破損側蒸気発生器の隔離 蒸気発生器伝熱管破損（SGTR）時のイベントツリーで設定している。SGTR時に1次系冷却水が2次冷却系へ流出することを防ぐために、破損SGを隔離し、1次冷却系と2次冷却系を均圧状態にする必要があり、主蒸気隔離弁閉止、タービン補助給水ポンプ駆動用蒸気ラインの隔離に係る故障等について、フォールトツリーでモデル化し、非信頼度を定めている。</p> <p>(3) 加圧器逃がし弁/安全弁LOCA 原子炉補機冷却機能喪失時のイベントツリーで設定している。原子炉補機冷却機能喪失時に1次冷却材圧力の上昇に伴い加圧器逃がし弁/安全弁が作動し、1次冷却材圧力の下降時に再閉止に失敗した場合は加圧器逃がし弁/安全弁LOCAに至るため、加圧器逃がし弁/安全弁の再閉止失敗についてフォールトツリーでモデル化し、当該事象の発生確率を定めている。</p> <p>(4) RCPシールLOCA 原子炉補機冷却機能喪失時のイベントツリーで設定している。原子炉補機冷却機能喪失時に1次冷却材ポンプ封水冷却が喪失し、1次冷却材ポンプのOリングが損傷した場合は1次冷却材ポンプ封水LOCAに至る。原子炉補機冷却機能喪失時の1次冷却材ポンプ封水LOCAが発生する確率としては、フォールトツリーでモデル化はせずに当該事象の発生確率を1.0と定めている。</p>	<p>【女川】 ■記載表現の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
			<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・PWR と BWR の相違により、評価対象とする起因事象及びイベントツリーが異なる（大飯に記載はないが泊と同様）（着色せず）（以下、相違理由説明を省略）

図1-1 非隔離事象ATWS (TT)

第1図 大破断LOCAイベントツリー

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>図1-2 非隔離事象 (TT_S)</p>	<p>第2図 中破断LOCAイベントツリー</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図2-1 隔離事象ATWS (TM)</p>	<p style="text-align: center;">第3図 小破断LOCAイベントツリー</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシケンスグループ及び重要事故シナシケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図2-2 隔離事象 (TM-S)</p>		
		<p>図4図 インターフューエイスシステムLOCAイベントツリー</p>	

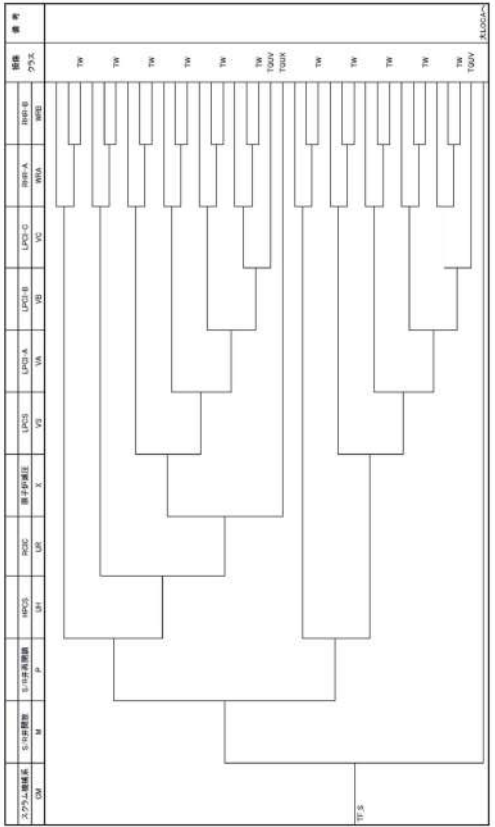
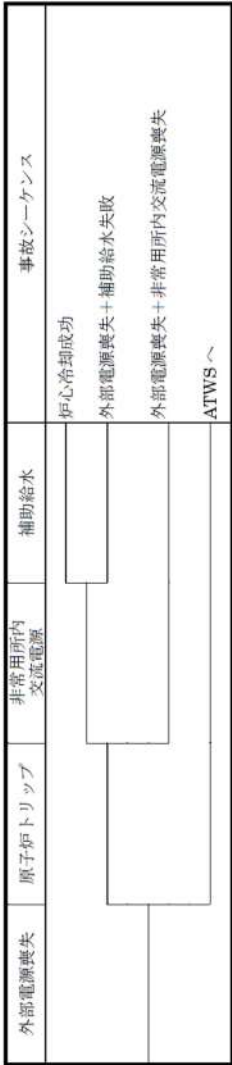
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">(図3-1 全給水喪失時ATWS (TF))</p>	<p style="text-align: center;">(図5 主給水流量喪失イベントツリー)</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図3-2 全給水喪失時 (TF_S)</p>	 <p style="text-align: center;">第6図 外部電源喪失イベントツリー</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>図1-1 水位低下事象ATWS (TOIF)</p>	<p>ATWS</p> <p>事故シーケンス</p> <p>原子炉トリップが必要な起因事象+原子炉トリップ失敗</p> <p>第7図 ATWSイベントツリー</p>	

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図4-2 水位低下事象 (TOTF_S)</p>	<p style="text-align: center;">第8図 2次冷却系の破断イベントツリー</p>	

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由										
	<p style="text-align: center;">図5 RPS起動作等 (T0)</p>	<table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <tr> <td style="width: 15%;">蒸気発生器伝熱管破損</td> <td style="width: 15%;">原子炉トリップ</td> <td style="width: 15%;">補助給水</td> <td style="width: 15%;">破損側蒸気発生器の隔離</td> <td style="width: 40%;">事故シーケンス</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>炉心冷却成功 蒸気発生器伝熱管破損 + 破損側蒸気発生器の隔離失敗 蒸気発生器伝熱管破損 + 補助給水失敗 ATWSへ</td> </tr> </table> <p style="text-align: center;">第9図 蒸気発生器伝熱管破損イベントツリー</p>	蒸気発生器伝熱管破損	原子炉トリップ	補助給水	破損側蒸気発生器の隔離	事故シーケンス					炉心冷却成功 蒸気発生器伝熱管破損 + 破損側蒸気発生器の隔離失敗 蒸気発生器伝熱管破損 + 補助給水失敗 ATWSへ	
蒸気発生器伝熱管破損	原子炉トリップ	補助給水	破損側蒸気発生器の隔離	事故シーケンス									
				炉心冷却成功 蒸気発生器伝熱管破損 + 破損側蒸気発生器の隔離失敗 蒸気発生器伝熱管破損 + 補助給水失敗 ATWSへ									

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図6-1 外部電源喪失(TE)</p>	<p style="text-align: center;">第10図 過渡事象イベントツリー</p>	

第37条 付録1 事故シークエンスグループ及び重要事故シークエンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図6.2 外部電源喪失(TE.0)(外電復旧後)</p>	<p style="text-align: center;">第11図 原子炉補機冷却機能喪失イベントツリー</p>	

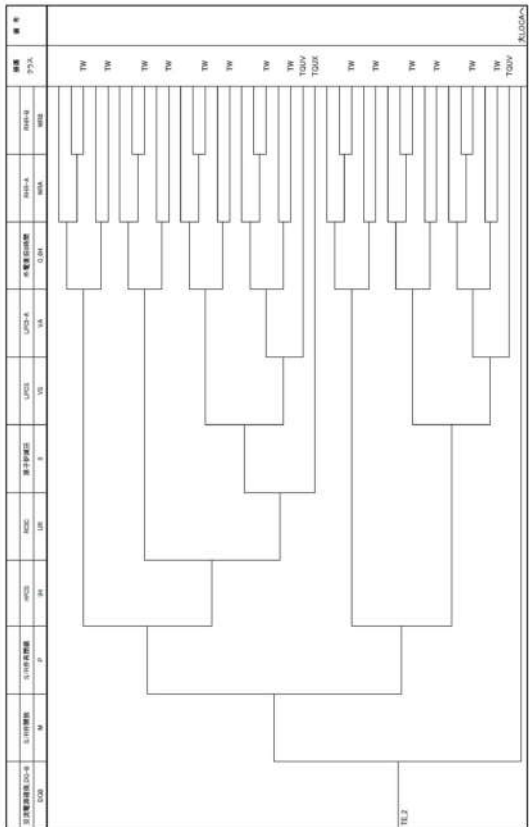
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図3 外部電源喪失(TE,DXG-A, B成功)</p>	<p style="text-align: center;">第12図 手動停止イベントツリー</p>	

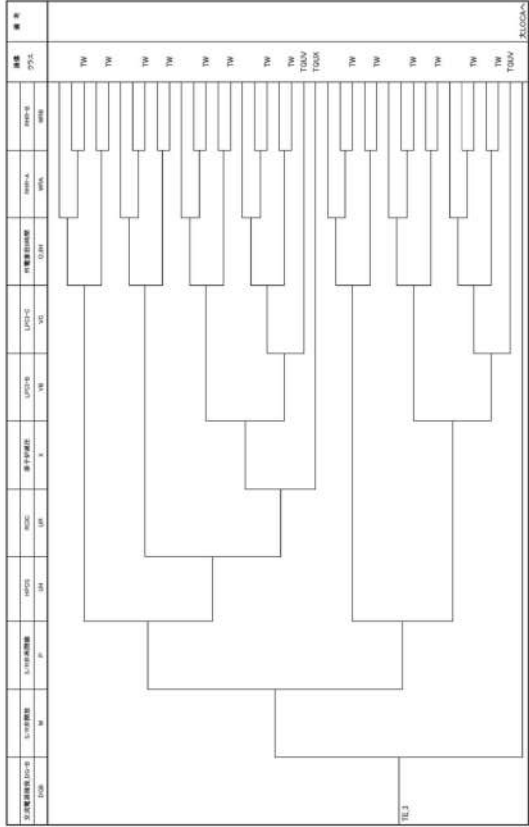
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図6-4 外部電源喪失(TE2/DG-B失敗)</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図6-5 外部電源喪失(TE-3)MDG-A表紙</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図6.6 外部電源喪失(TE, MDC-A, B失敗)</p>		

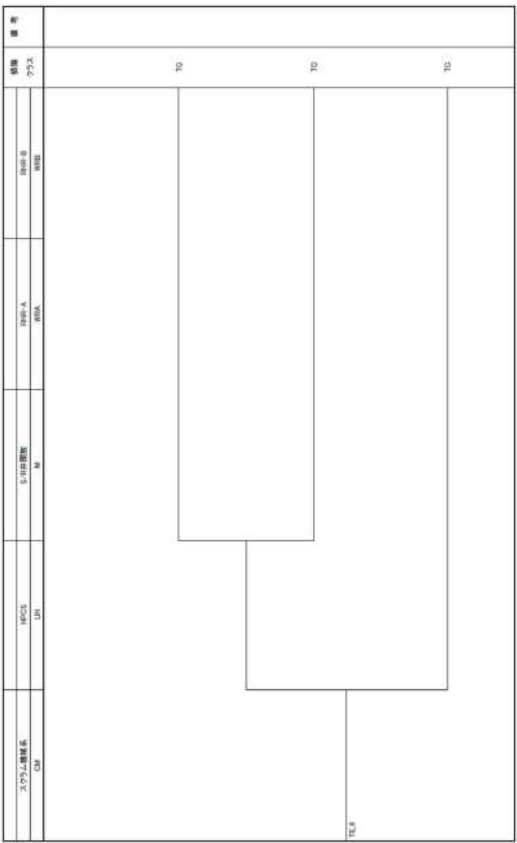
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図6-7 外部電源喪失(TE.5)(直流電源喪失)</p>		

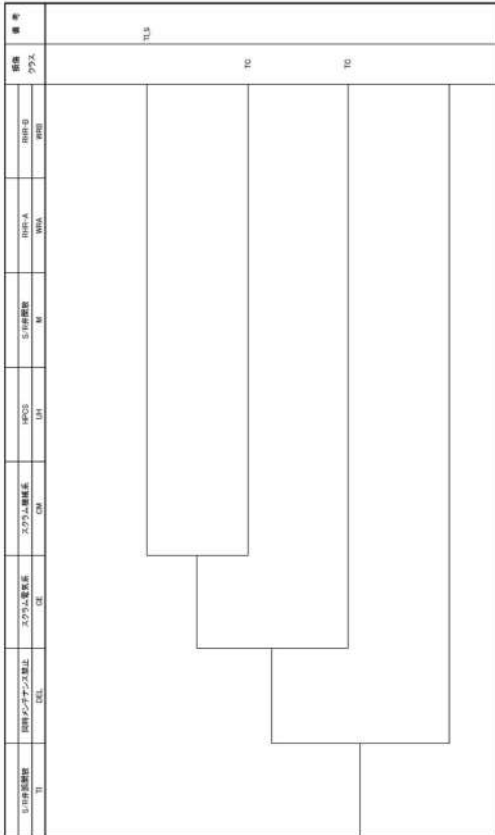
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
			

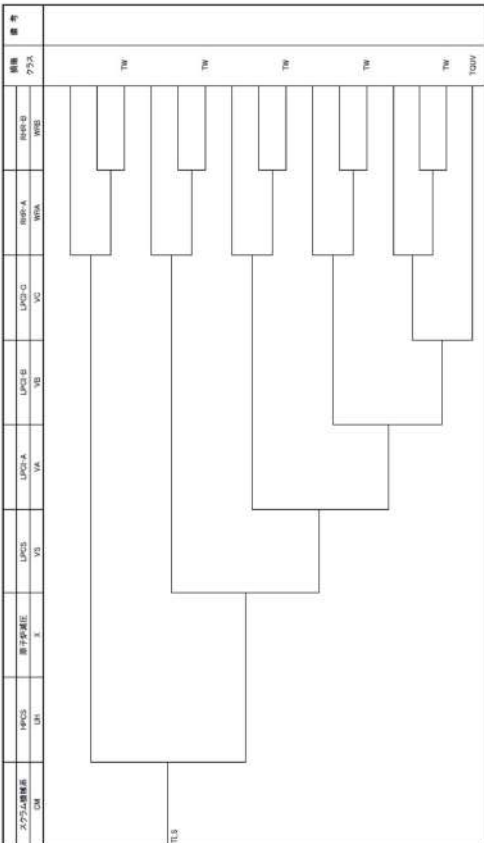
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図7-1 SR 弁漏開放ATWS (TI)</p>		

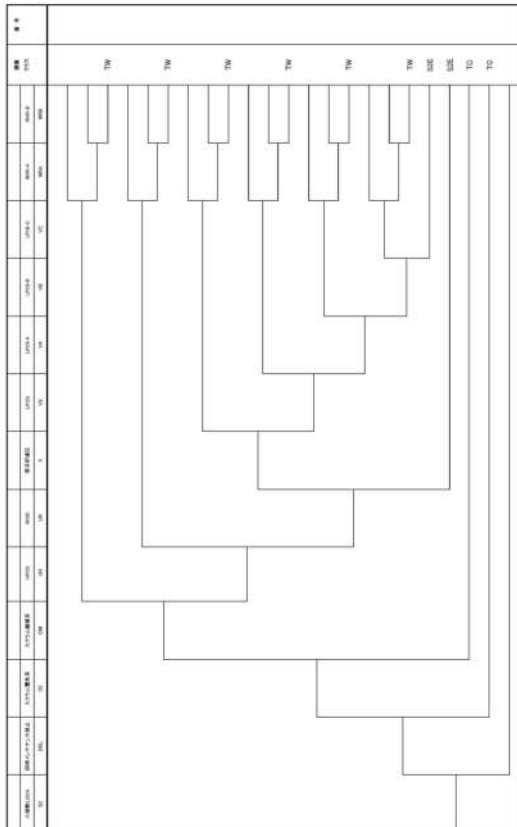
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図7-2 SR共通開放 (TL_S)</p>		

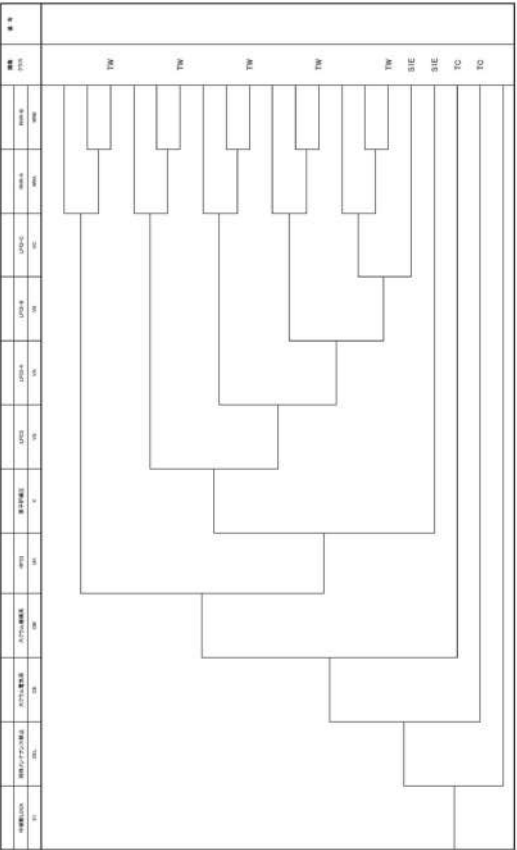
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図8 小破断LOCA (S2)</p>		

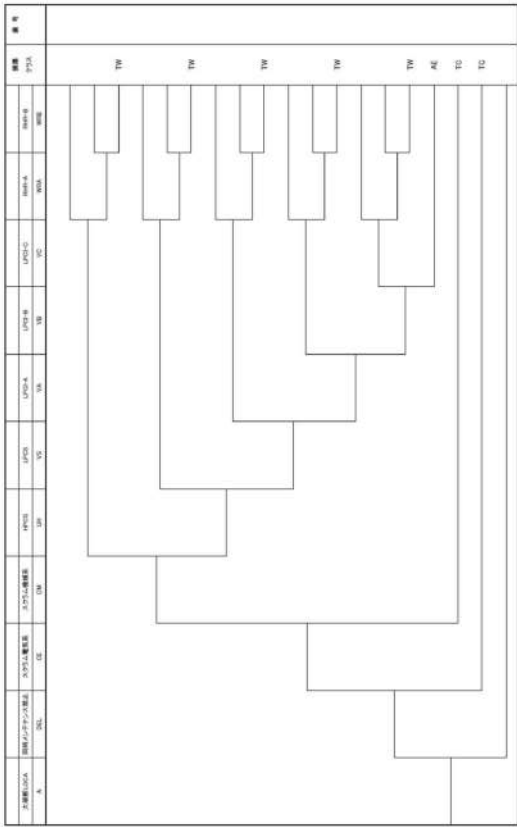
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図9 中破断LOCA (SI)</p>		

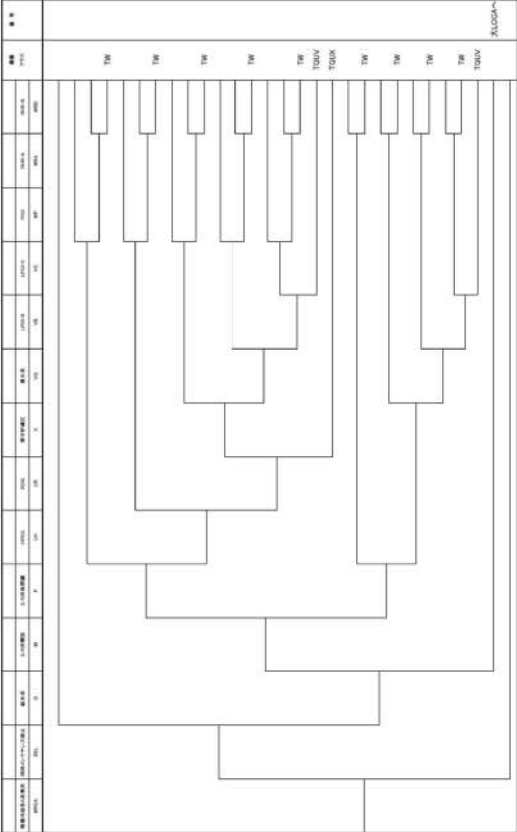
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図10 大破断LOC A (A)</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図11-1 補機冷却系A系喪失 (MRCa)</p>		

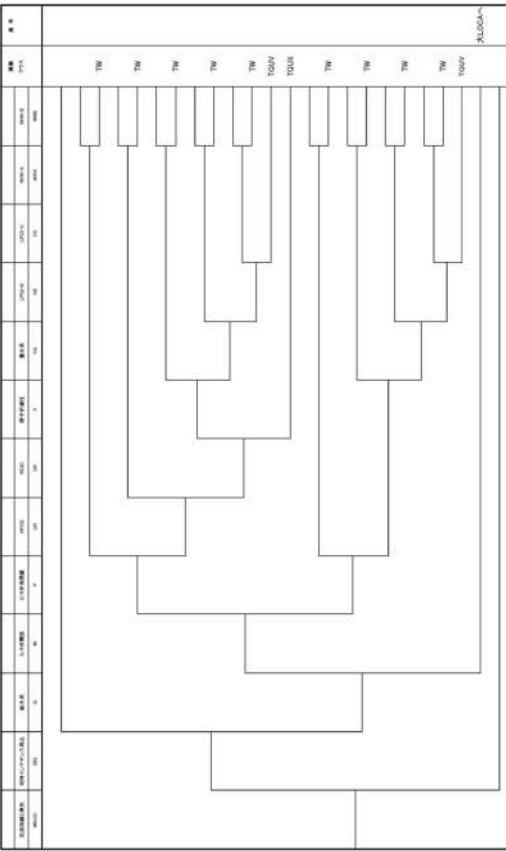
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: center;">図11-2 補機冷却系B系喪失 (MRCB)</p>			

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図12-1 交流母線C喪失 (MCC)</p>		

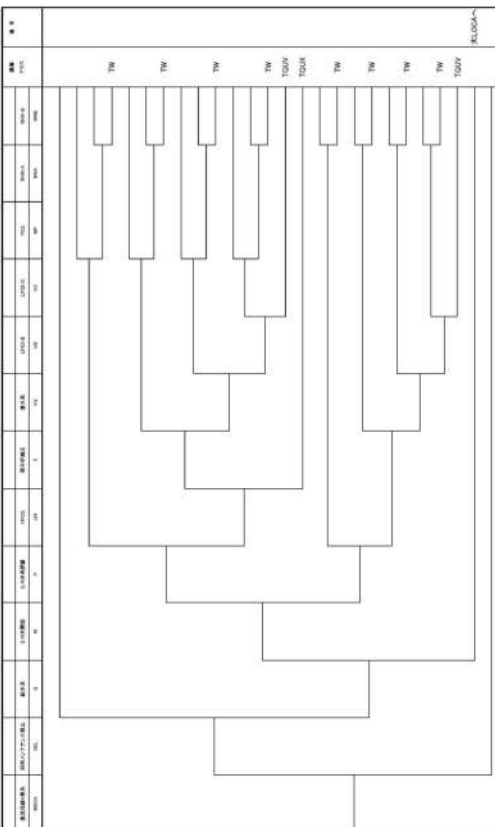
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>図12-2 交流母線D喪失 (MACD)</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図13-1 直流母線A喪失 (MCCA)</p>		

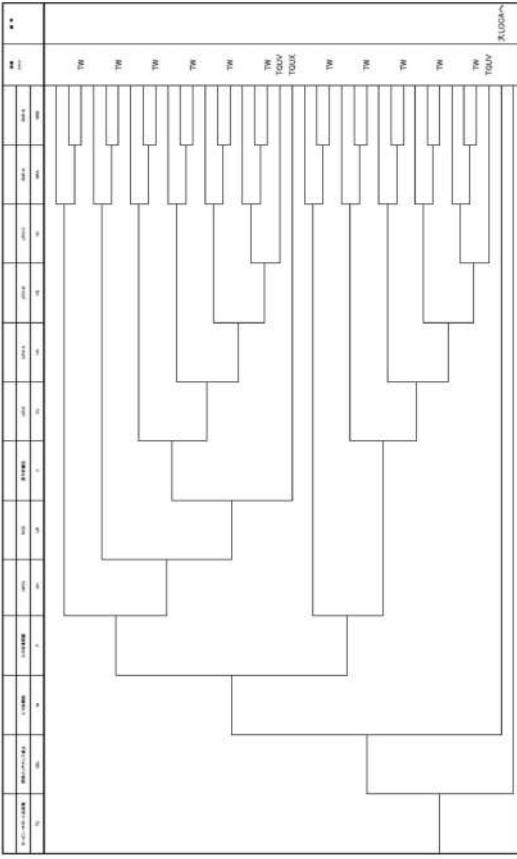
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図13-2 直流母線B喪失 (MDCB)</p>		

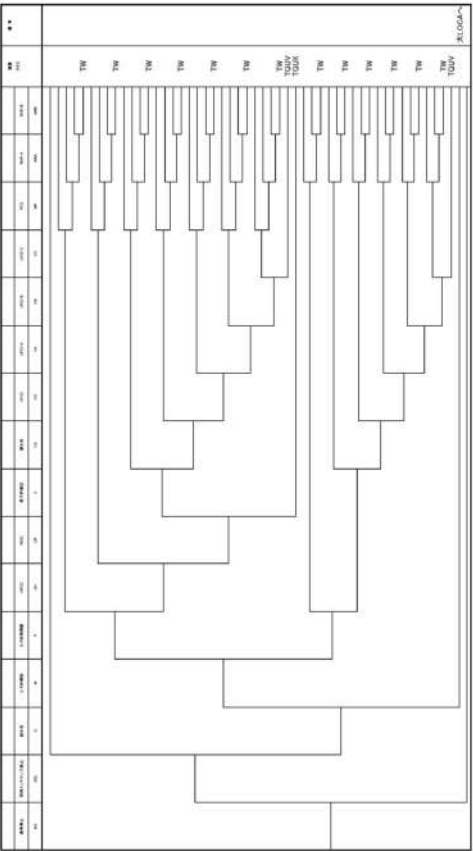
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図14 タービン・サポート系故障 (TS)</p>		

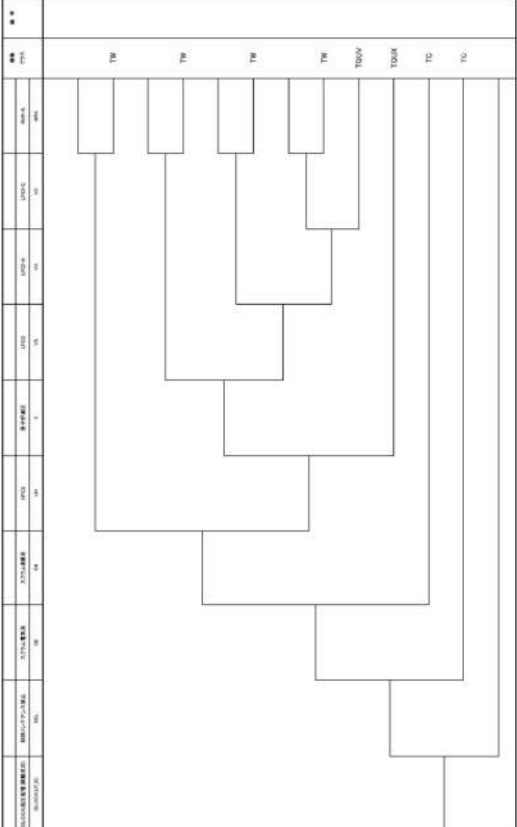
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図15 通常停止 (MS)</p>		

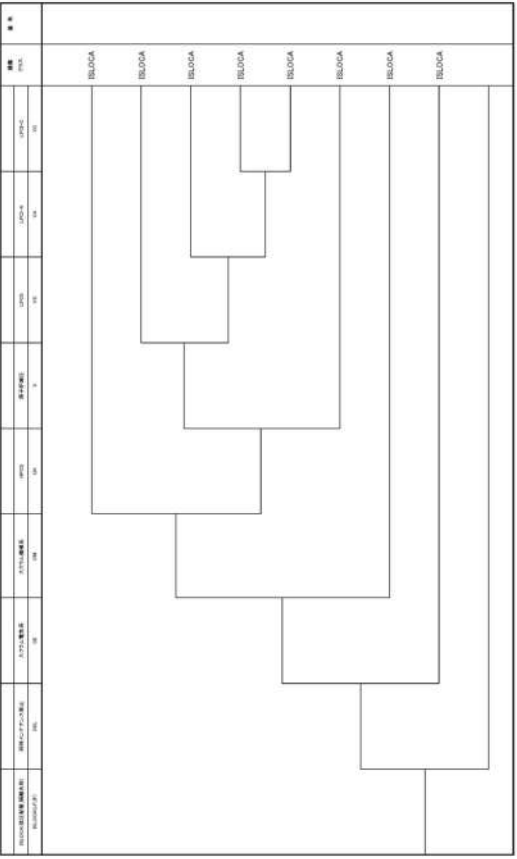
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図16-1 I S L O C A (低圧配管_隔離成功) (IP_IS)</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p style="text-align: center;">図16-2 ISLOCA (低圧配管_隔離失敗) (LP_IF)</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図10-3 I S L O C A (高圧配管_隔離成功) (HP-IS)</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.d-3 泊発電所3号機 内部事象運転時レベル1PRA イベントツリー

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: center;">図16-4 ISLOCA (高圧配管_隔離失敗) (HP_IF)</p>		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

補足 3.1.1.d-4 常用系と非常用系で共用しているサポート系において、常用系機能喪失と常用系隔離失敗（隔離弁故障等）が重畳する場合の取扱い

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>常用系と非常用系で共用しているサポート系において、 <u>常用系機能喪失と常用系隔離失敗（隔離弁故障等）が重畳する場合の取扱い</u></p> <p>常用系と非常用系間に隔離弁を有するサポート系は、今回の設置変更許可申請に伴って実施した女川原子力発電所2号炉のPRA（以下「今回のPRA」という。）において考慮しており、原子炉補機冷却水系が該当する（表1及び図1参照）。</p> <p>今回のPRAでは、起回事象「従属性を有する機器の機能喪失」においてRCW又は原子炉補機冷却海水系の1系列の機能喪失を考慮しているほか、システム信頼性解析（フォールトツリー）においても原子炉補機冷却水系をモデル化しており、これらをイベントツリーに組み込みことで事故シーケンスを評価している。</p> <p>以下に、起回事象及びシステム信頼性解析における、常用系と非常用系間の隔離弁の扱いを含めたRCWの取扱いについて述べる。</p> <p>①起回事象における扱い 起回事象の同定においては、原子炉補機冷却水系が機能喪失した場合、広範な緩和設備が合わせて機能喪失に至ることを考慮し、原</p>	<p>別紙3.1.1.d-4</p> <p>常用系と非常用系で共用しているサポート系において、 <u>常用系機能喪失と常用系隔離失敗（隔離弁故障等）が重畳する場合の取扱い</u></p> <p>常用系と非常用系間に隔離弁を有するサポート系は、今回の設置変更許可申請に伴って実施した泊発電所3号炉のPRA（以下「今回のPRA」という。）において考慮しており、原子炉補機冷却水系が該当する（表及び図参照）。</p> <p>今回のPRAでは、起回事象「従属性を有する機器の機能喪失」において原子炉補機冷却水系又は原子炉補機冷却海水系の機能喪失を考慮しているほか、システム信頼性解析（フォールトツリー）においても原子炉補機冷却水系をモデル化しており、これらをイベントツリーに組み込むことで事故シーケンスを評価している。</p> <p>以下に、起回事象及びシステム信頼性解析における、常用系と非常用系間の隔離弁の扱いを含めた原子炉補機冷却水系の取扱いについて述べる。</p> <p>①起回事象における扱い 起回事象の同定においては、原子炉補機冷却水系が機能喪失した場合、広範な緩和設備が合わせて機能喪失に至ることを考慮し、原</p>	<p>補足3.1.1.d-4</p> <p>常用系と非常用系で共用しているサポート系において、 <u>常用系機能喪失と常用系隔離失敗（隔離弁故障等）が重畳場合の取扱い</u></p> <p>常用系と非常用系間に隔離弁を有するサポート系は、今回の設置変更許可申請に伴って実施した泊発電所3号炉のPRA（以下「今回のPRA」という。）において考慮しており、原子炉補機冷却水系が該当する（表及び図参照）。</p> <p>今回のPRAでは、起回事象「従属性を有する機器の機能喪失」において原子炉補機冷却水系又は原子炉補機冷却海水系の機能喪失を考慮しているほか、システム信頼性解析（フォールトツリー）においても原子炉補機冷却水系をモデル化しており、これらをイベントツリーに組み込むことで事故シーケンスを評価している。</p> <p>以下に、起回事象及びシステム信頼性解析における、常用系と非常用系間の隔離弁の扱いを含めた原子炉補機冷却水系の取扱いについて述べる。</p> <p>①起回事象における扱い 起回事象の同定においては、原子炉補機冷却水系が機能喪失した場合、広範な緩和設備が合わせて機能喪失に至ることを考慮し、原</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・申請プラント ・図表の標記の相違 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・泊は略称の記載としていない（以下、相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■評価方針の相違 ・泊は原子炉補機冷却機能の全喪失を考慮している（大飯に記載はないが泊と同様の評価となっている）

泊発電所3号炉 有効性評価 比較表

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

補足 3.1.1.d-4 常用系と非常用系で共用しているサポート系において、常用系機能喪失と常用系隔離失敗（隔離弁故障等）が重畳する場合の取扱い

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>子炉補機冷却水系の機能喪失を「従属性を有する機器の機能喪失」として抽出し、その発生頻度を評価している。</p> <p>この発生頻度は、国内実績をもとに評価することとしているが、非常用系の原子炉補機冷却水系の機能喪失については発生した事例がないことから、0.5回として起因事象発生頻度を算出している。</p> <p>原子炉補機冷却水系の機能喪失として、常用系からの冷却材の流出及び常用系と非常用系間の隔離弁による隔離の失敗によって非常用側の原子炉補機冷却水系の機能喪失が生じた場合、上記の発生実績に計上され、起因事象発生頻度に反映されることとなる。</p> <p>以上のとおり、発生した事例が確認されていないものの、常用系からの冷却材の流出などが生じた場合であって、常用系と非常用系間の隔離弁による隔離に失敗した場合の非常用系の原子炉補機冷却水系の機能喪失は評価に含まれる前提である。</p> <p>なお、常用系からの冷却材の流出等が生じた場合であって、常用系と非常用系の隔離弁による隔離に成功した場合は、原子炉補機冷却水系の常用系の喪失によって失われるフロント系が、運転継続にもたらす影響を考慮して対応することとなる。今回のPRAにおいてこれに該当する系統には気体廃棄物処理系(OG系)があり、原子炉補機冷却水系Bによる冷却を必要とする。気体廃棄物処理系が機能喪失した場合、非凝縮性ガスの蓄積によって主復水器の真空度が徐々に低下する。その後の状況に応じてプラントを手動停止する場合は、運転員操作のための時間余裕があり、主復水器を用いた除熱(常用系)以外の全ての緩和設備に期待できることから、条件付き炉心損傷確率は小さく、イベントツリーとしても通常停止のイベントツリーに包絡される。また、事象進展に伴い主復水器真空度喪失に至った場合は、起因事象グループ「隔離事象」として考慮される。</p> <p>以上より、今回のPRA及び事故シーケンスの抽出に与える影響はないと考える。</p> <p>②システム信頼性解析における扱い</p> <p>今回のPRAでは、原子炉補機冷却水系A、Bについて常用系と非常用</p>	<p>子炉補機冷却水系の機能喪失を「従属性を有する機器の機能喪失」として抽出し、その発生頻度を評価している。</p> <p>この発生頻度は、国内実績を基に評価することとしているが、非常用系の原子炉補機冷却水系の機能喪失については発生した事例がないことから、0.5回として起因事象発生頻度を算出している。</p> <p>原子炉補機冷却水系の機能喪失として、安全機能を有する原子炉補機へ冷却水を供給する母管(非常用系)とその他の原子炉補機へ冷却水を供給する母管(常用系)の内、常用系からの冷却材の流出及び常用系と非常用系間の隔離弁による隔離の失敗によって原子炉補器冷却水系の機能喪失が生じた場合、上記の発生実績に計上され、起因事象発生頻度に反映されることとなる。</p> <p>以上のとおり、発生した事例が確認されていないものの、常用系からの冷却材の流出等が生じた場合であって、常用系と非常用系間の隔離弁による隔離に失敗した場合の非常用系の原子炉補機冷却水系の機能喪失は評価に含まれる前提である。</p> <p>なお、常用系からの冷却材の流出等が生じた場合であって、常用系と非常用系の隔離弁による隔離に成功した場合は、原子炉補機冷却水系の常用系の喪失によって失われるフロント系が、運転継続にもたらす影響を考慮して対応することとなる。運転継続に影響する設備には1次冷却材ポンプ及びモータがあり、原子炉補機冷却水による冷却を必要とする。原子炉補機冷却水系の常用系の冷却が喪失した場合、1次冷却材ポンプ及びモータの温度が徐々に上昇する。その後の状況に応じてプラントを手動停止する場合は、運転員操作のための時間余裕があり、安全機能を有する原子炉補機に期待できること、また緩和設備として1次冷却材ポンプに期待していないことから、イベントツリーとして手動停止のイベントツリーに包絡される。また事象進展に伴い1次冷却材ポンプの喪失に至った場合は、起因事象グループ「過渡事象」として考慮される。</p> <p>以上より、今回のPRA及び事故シーケンスの抽出に与える影響はないと考える。</p> <p>②システム信頼性解析における扱い</p> <p>今回のPRAでは、原子炉補機冷却水系について非常用の補機につ</p>	<p>子炉補機冷却水系の機能喪失を「従属性を有する機器の機能喪失」として抽出し、その発生頻度を評価している。</p> <p>この発生頻度は、国内実績を基に評価することとしているが、非常用系の原子炉補機冷却水系の機能喪失については発生した事例がないことから、0.5回として起因事象発生頻度を算出している。</p> <p>原子炉補機冷却水系の機能喪失として、安全機能を有する原子炉補機へ冷却水を供給する母管(非常用系)とその他の原子炉補機へ冷却水を供給する母管(常用系)の内、常用系からの冷却材の流出及び常用系と非常用系間の隔離弁による隔離の失敗によって原子炉補器冷却水系の機能喪失が生じた場合、上記の発生実績に計上され、起因事象発生頻度に反映されることとなる。</p> <p>以上のとおり、発生した事例が確認されていないものの、常用系からの冷却材の流出等が生じた場合であって、常用系と非常用系間の隔離弁による隔離に失敗した場合の非常用系の原子炉補機冷却水系の機能喪失は評価に含まれる前提である。</p> <p>なお、常用系からの冷却材の流出等が生じた場合であって、常用系と非常用系の隔離弁による隔離に成功した場合は、原子炉補機冷却水系の常用系の喪失によって失われるフロント系が、運転継続にもたらす影響を考慮して対応することとなる。運転継続に影響する設備には1次冷却材ポンプ及びモータがあり、原子炉補機冷却水による冷却を必要とする。原子炉補機冷却水系の常用系の冷却が喪失した場合、1次冷却材ポンプ及びモータの温度が徐々に上昇する。その後の状況に応じてプラントを手動停止する場合は、運転員操作のための時間余裕があり、安全機能を有する原子炉補機に期待できること、また緩和設備として1次冷却材ポンプに期待していないことから、イベントツリーとして手動停止のイベントツリーに包絡される。また事象進展に伴い1次冷却材ポンプの喪失に至った場合は、起因事象グループ「過渡事象」として考慮される。</p> <p>以上より、今回のPRA及び事故シーケンスの抽出に与える影響はないと考える。</p> <p>②システム信頼性解析における扱い</p> <p>今回のPRAでは、原子炉補機冷却水系について非常用の補機につ</p>	<p>相違理由</p> <p>【女川】 ■記載表現の相違</p> <p>【女川】 ■記載方針の相違 ・泊は非常用系の母管と常用系の母管の説明を充実化している</p> <p>【女川】 ■記載表現の相違</p> <p>【女川】 ■個別評価による相違 ・PWR及びBWRの設計の相違による評価結果の相違</p> <p>【女川】 ■評価方針の相違 ・泊は起因事象として計画外停止を考慮した「手動停止」を評価対象としている ・PWRとBWRで想定する起因事象の相違</p> <p>【女川】</p>

泊発電所3号炉 有効性評価 比較表

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について

補足 3.1.1.d-4 常用系と非常用系で共用しているサポート系において、常用系機能喪失と常用系隔離失敗（隔離弁故障等）が重畳する場合の取扱い

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>系間の隔離弁をモデル化している。非常用系の設備を冷却するための流量を確保するために、常用系の隔離を考慮している。常用系の隔離に失敗した場合、非常用系の冷却には原子炉補機冷却水系ポンプ2台の確保を必要としており、常用系の隔離に成功した場合、原子炉補機冷却水系ポンプは1台で非常用系の冷却が可能と評価している。</p>	<p>いて常用系と非常用系間の隔離弁をモデル化している。非常用系の設備を冷却するための流量を確保するために、常用系の設備を冷却する母管の隔離を考慮している。ECCS再循環時には常用系の隔離に失敗した場合、非常用系の冷却には原子炉補機冷却水系ポンプ3台の確保を必要としており、常用系の隔離に成功した場合、原子炉補機冷却水系ポンプは2台で非常用系の冷却が可能と評価している。</p>	<p>■設計の相違 ・系統設備構成の相違に伴う記載の相違 【女川】 ■記載表現の相違 ・記載充実 【女川】 ■個別評価による相違</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

補足 3.1.1.d-4 常用系と非常用系で共用しているサポート系において、常用系機能喪失と常用系隔離失敗（隔離弁故障等）が重畳する場合の取扱い

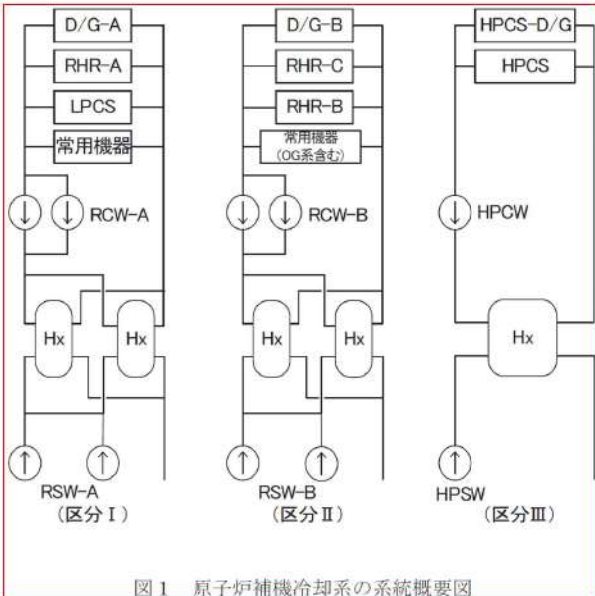
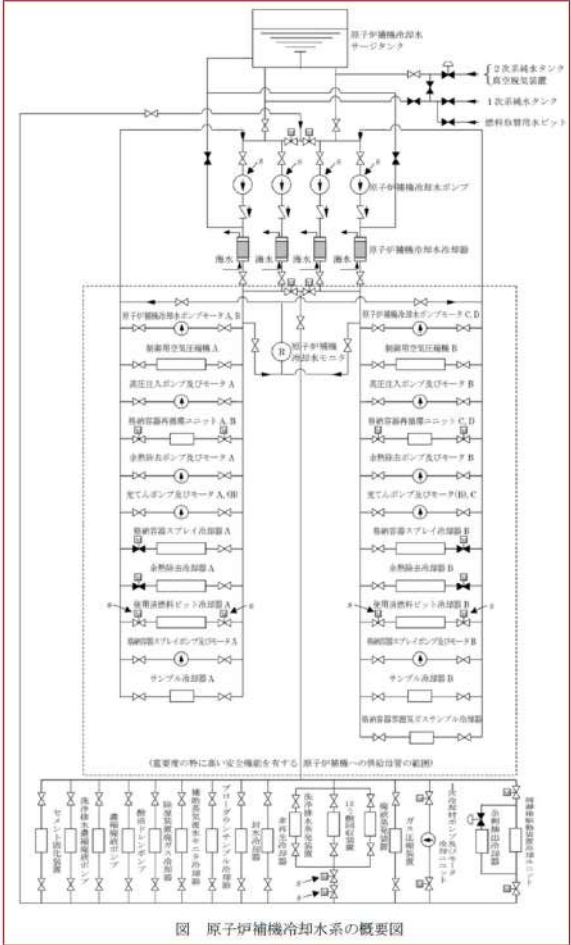
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉			女川原子力発電所2号炉						泊発電所3号炉						相違理由				
サポート フロント スクラム系 高圧炉心スプレイ系(HPCS) 原子炉隔離時冷却系(RCIC) 自動減圧系(ADS) 低圧炉心スプレイ系(LPCS) 低圧注水系A(LPCT-A) 低圧注水系B(LPCT-B) 低圧注水系C(LPCT-C) 残留熱除去系A(RHR-A) 残留熱除去系B(RHR-B) 給復水系			表1 各系統間の従属性 ※ 何れか一方の電源供給により作動可能						表 各系統間の従属性 サポート系 (影響を与える側) フロントライン系 (影響を受ける側) 電源系 信号系 制御用空気系 換気空調系 原子炉補機冷却海水系 原子炉補機冷却水系						【女川】 ■設計の相違 ・PWRとBWRの相違により、緩和設備が相違している				
									交流電源		直流電源		原子炉補機冷却水系			タービン補機冷却水系		ポンプ室空調	
									非常用		区分III		区分III			区分III		区分III	
									区分II		区分II		区分II			区分II		区分II	
									区分I		区分I		区分I			区分I		区分I	
									常用		区分III		区分III			区分III		区分III	
									区分II		区分II		区分II			区分II		区分II	
									区分I		区分I		区分I			区分I		区分I	
									常用		区分III		区分III			区分III		区分III	
									区分II		区分II		区分II			区分II		区分II	
区分I		区分I		区分I		区分I		区分I											

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

補足 3.1.1.d-4 常用系と非常用系で共用しているサポート系において、常用系機能喪失と常用系隔離失敗（隔離弁故障等）が重畳する場合の取扱い

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	 <p>図1 原子炉補機冷却系の系統概要図</p>	 <p>図 原子炉補機冷却水系の概要図</p>	<p>【女川】</p> <p>■設計の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足8</p> <p style="text-align: center;">システム信頼性解析例について</p> <p>システム信頼性解析について、低圧注入系（注入時）を例に以下に示す。また、低圧注入系（再循環時）のシステム信頼性解析の概要を添付1に、再循環失敗で考慮している格納容器再循環サンプスクリーンの閉塞について添付2に示す。</p> <p>【システムの概要】</p> <ul style="list-style-type: none"> 低圧注入系（注入時）は2台の余熱除去ポンプ、2基の余熱除去冷却器、1基の燃料取替用水ピット、配管、弁及び計装から構成 燃料取替用水ピット（RWS P）は高圧注入ポンプ、格納容器スプレイポンプの水源としても使用される。 低圧注入系のポンプ及び弁は通常運転時、事故待機モードにラインアップ。安全注入信号が発信すると余熱除去ポンプが起動することで燃料取替用水ピットのほう酸水を4本の1次系低温側注入配管より炉心に注入する。 <p>・余熱除去ポンプは安全注入信号により自動起動する。余熱除去ポンプミニマムフローライン止め弁はポンプ出口流量により制御される。</p>		<p style="text-align: right;">補足3.1.1.e-1</p> <p style="text-align: center;">システム信頼性解析例について</p> <p>システム信頼性解析について、低圧注入系（注入時）を例に以下に示す。また、低圧注入系（再循環時）のシステム信頼性解析の概要を添付1に、再循環失敗で考慮している格納容器再循環サンプスクリーンの閉塞について添付2に示す。</p> <p>【システムの概要】</p> <ul style="list-style-type: none"> 低圧注入系（注入時）は2台の余熱除去ポンプ、2基の余熱除去冷却器、1基の燃料取替用水ピット、配管、弁及び計装から構成 燃料取替用水ピット（RWSP）は高圧注入ポンプ、格納容器スプレイポンプの水源としても使用される。 低圧注入系のポンプ及び弁は通常運転時、事故待機モードにラインアップ。非常用炉心冷却設備作動信号が発信すると余熱除去ポンプが起動することで燃料取替用水ピットのほう酸水を3本の1次系低温側注入配管より炉心に注入する。 <p>・余熱除去ポンプは非常用炉心冷却設備作動信号により自動起動する。余熱除去ポンプミニフロー弁はポンプ出口流量により制御される。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> 記載方針の相違 女川に該当する資料がないため大飯と比較する <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 付番の相違 資料番号の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 信号名称の相違 安全注入信号⇔非常用炉心冷却設備作動信号 (以下、相違理由説明を省略) <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 設計の相違 ループ数の相違（伊方と同様） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 信号名称の相違 余熱除去ポンプミニマムフローライン止め弁⇔余熱除去ポンプミニフロー弁

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>【機能の説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧注入系の通常の機能は原子炉停止後の炉心の崩壊熱を除去し、プラントを低温停止に移行させることであるが、低圧注入系は非常用炉心冷却設備としての機能も併せ持つ。 ・ 安全注入設備によるLOCA後の緊急炉心冷却は、ほう酸水をRWSPからRCS低温側に注入して炉心を冷却する。 <p>【定期的実施する試験】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 余熱除去ポンプ起動試験（頻度：1回/月） ・ 安全注入系統弁開閉試験（頻度：1回/月） <p>【必要とするサポート系】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 必要とするサポート系を網羅的に示した従属性マトリックスを作成し、フォールトツリーへ反映させる。 		<p>【機能の説明】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧注入系の通常の機能は原子炉停止後の炉心の崩壊熱を除去し、プラントを低温停止に移行させることであるが、低圧注入系は非常用炉心冷却設備としての機能も併せ持つ。 ・ 低圧注入系によるLOCA後の緊急炉心冷却は、ほう酸水をRWSPからRCS低温側に注入して炉心を冷却する。 <p>【定期的実施する試験】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 余熱除去ポンプ定期運転試験（頻度：1回/月） ・ 安全注入系統弁開閉試験（頻度：1回/月） <p>【必要とするサポート系】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 必要とするサポート系を網羅的に示した従属性マトリックスを作成し、フォールトツリーへ反映させる。 	<p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・ 例として低圧注入系を挙げていることから泊は低圧注入系と記載している <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■試験名称の相違 ・ 余熱除去ポンプ起動試験⇔余熱除去ポンプ定期運転試験

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第1表 フロントライン系とサポート系の依存性

大飯発電所3/4号炉				女川原子力発電所2号炉			
機器	機器番号	機器名	機器タイプ	作動要求後の状態	作動要求前の状態	補機冷却系	非常用電源系
	RC3PU RHPIA	3A余熱除去ポンプ	電動ポンプ(純水)	Run	Standby	供給母管A	原子炉冷却制御センターA121
	RC3PU RHP1A	3A余熱除去ポンプ遮断器	遮断器	Close	Open	供給母管B	原子炉冷却制御センターB121
	RC3HX RHHLA	3A余熱除去冷却器	液体熱交換器			供給母管A	原子炉冷却制御センターA122
	RC3PU RHP1B	3B余熱除去ポンプ	電動ポンプ(純水)	Run	Standby	供給母管B	原子炉冷却制御センターB122
	RC3PU RHP1B	3B余熱除去ポンプ遮断器	遮断器	Close	Open	供給母管A	原子炉冷却制御センターA121
	RC3HX RHHLB	3B余熱除去冷却器	液体熱交換器			供給母管B	原子炉冷却制御センターB121

泊発電所3号炉				相違理由			
機器	機器番号	機器名	機器タイプ	作動要求後の状態	作動要求前の状態	補機冷却系	非常用電源系
	3RHP1A	3A余熱除去ポンプ	電動ポンプ(純水)	Run	Standby	供給母管A	原子炉冷却制御センターA121
	3RHP1B	3B余熱除去ポンプ	電動ポンプ(純水)	Run	Standby	供給母管B	原子炉冷却制御センターB121

第1表 フロントライン系とサポート系の依存性

泊発電所3号炉				相違理由			
機器	機器番号	機器名	機器タイプ	作動要求後の状態	作動要求前の状態	補機冷却系	非常用電源系
	3RHP1A	3A余熱除去ポンプ	電動ポンプ(純水)	Run	Standby	供給母管A	原子炉冷却制御センターA121
	3RHP1B	3B余熱除去ポンプ	電動ポンプ(純水)	Run	Standby	供給母管B	原子炉冷却制御センターB121

【大飯】

- 記載方針の相違
- ・泊は例として余熱除去ポンプに対してサポート系との依存性を示している

【大飯】

- 設計の相違
- ・泊の余熱除去ポンプはパワーコントロールセンタから電源を供給しており、余熱除去ポンプの遮断器の故障は遮断器単独としてではなく制御回路の故障に含めてモデル化している

【大飯】

- 信号名称の相違
- ・格納容器スプレー作動信号⇔格納容器スプレー作動シーケンス信号

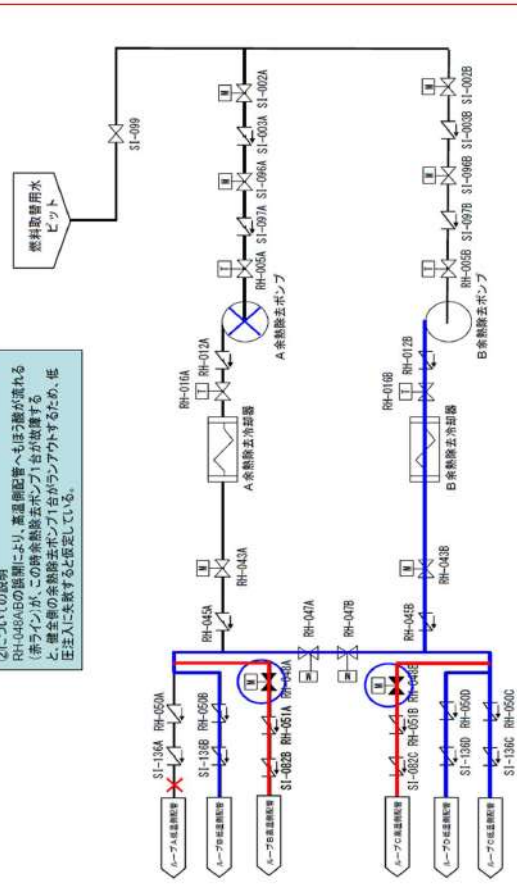
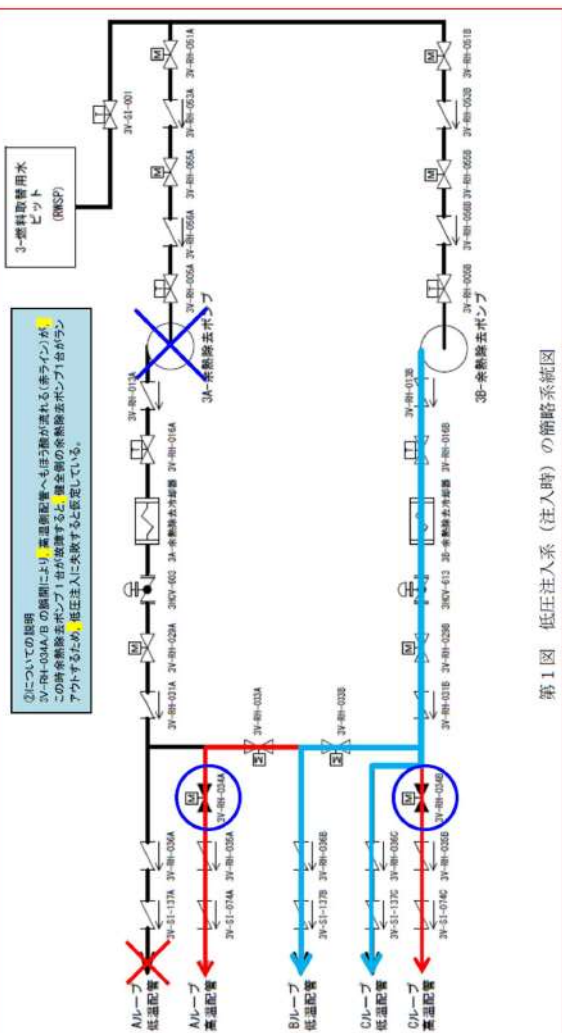
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>【システム信頼性評価上の主要な仮定】</p> <p>①大破断LOCA時は、破断ループ（Aループ低温側配管）からの注入は行えないものとする。</p> <p>②高温側低圧注入ライン止め弁（RH-048A/B）が誤開し、かつ余熱除去ポンプ1台に故障が生じた場合、系統機能喪失とする。</p> <p>③低圧注入系バウンダリ内で外部リークが発生した場合、系統機能喪失とする。</p> <p>④注入段階においては、ポンプ出口側格納容器外タイライン弁（RH-047A/B）が開状態であるため、本ラインを経由した注入にも期待する。</p>		<p>【システム信頼性評価上の主要な仮定】</p> <p>①大破断LOCA時は、破断ループ（Aループ低温側配管）からの注入は行えないものとする。</p> <p>②高温側低圧注入ライン止め弁（3V-RH-034A/B）が誤開し、かつ余熱除去ポンプ1台に故障が生じた場合、系統機能喪失とする。</p> <p>③低圧注入系バウンダリ内で外部リークが発生した場合、系統機能喪失とする。</p> <p>④注入段階においては、ポンプ出口側格納容器内タイライン弁（3V-RH-033A/B）が開状態であるため、本ラインを経由した注入にも期待する。</p>	<p>【大飯】 ■機器番号の相違 （以下、相違理由説明を省略）</p> <p>【大飯】 ■設備名称、機器番号の相違</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<div data-bbox="89 622 190 941" style="border: 1px solid black; padding: 5px;"> <p>②についての説明 RH-040A/Bの開閉により、高温側配管へも流量が流れる（青ライン）が、この時系統除圧ポンプ1台が故障すると、重要な系統除圧ポンプ1台がランアウトするため、低圧注入に失敗すると想定している。</p> </div>  <p style="text-align: center;">第1図 低圧注入系（注入時）の簡略系統図</p>		<div data-bbox="1332 526 1422 941" style="border: 1px solid black; padding: 5px;"> <p>②についての説明 SI/RH-030A/Bの開閉により、高温側配管へも流量が流れる（赤ライン）が、この時系統除圧ポンプ1台が故障すると、重要な系統除圧ポンプ1台がランアウトするため、低圧注入に失敗すると想定している。</p> </div>  <p style="text-align: center;">第1図 低圧注入系（注入時）の簡略系統図</p>	<p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■設計の相違 ・ループ数の相違（伊方と同様）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>例：低圧注入系外部リーク 例：余熱除去ポンプ故障 例：サポート系故障 例：起動失敗、機軸運転失敗（共通要因故障含む）</p> <p>第2図 低圧注入系（注入時）のフォールトツリー評価例</p>		<p>例：低圧注入系外部リーク 例：余熱除去ポンプ故障 例：低圧注入に失敗する要因を掘削 例：低圧注入系 A トレン機能喪失 例：サポート系故障 例：起動失敗、機軸運転失敗（共通要因故障含む）</p> <p>第2図 低圧注入系（注入時）のフォールトツリー評価例</p>	<p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> 個別評価による相違 ループ数の相違等の設計の相違によりフォールトツリーの詳細なモデルが異なるが、低圧注入系の機能喪失の要因を低圧注入系の機器の故障やサポート系の故障等に展開してモデルを作成している点は同様

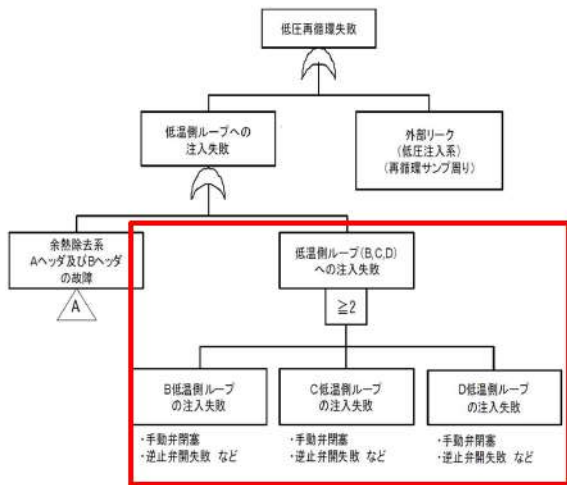
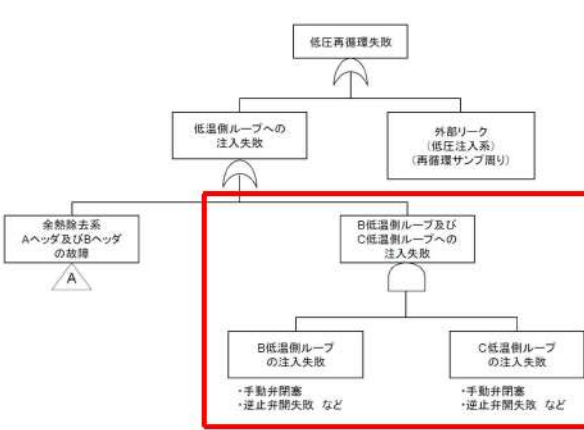
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">添付1</p> <p style="text-align: center;">ECCS再循環のシステム信頼性解析について</p> <p>低圧再循環に関するシステム信頼性解析では、余熱除去ポンプの故障、系統内の弁の開閉失敗、オリフィス等からの外部リークや閉塞、サンプスクリーンの閉塞、電源等サポート系の機能喪失等、網羅的に機能喪失要因の分析を実施している。例として、第1図に低圧再循環のフォールトツリー概略図、第2図に低圧再循環時の簡略系統図を示す。</p> <p>システム信頼性解析の結果、大破断LOCA時に低圧再循環機能を喪失する要因のうち主なものは以下のとおりであり、余熱除去冷却器CCW通水弁114A、B開失敗共通要因故障による低圧再循環機能喪失が最も支配的（約17%）である。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・余熱除去冷却器CCW通水弁114A、B開失敗共通要因故障（約17%） ・電動弁114A(B)制御回路の作動失敗（開）+余熱除去ポンプB(A)出口流量低OFF信号発信失敗（約7%） ・余熱除去ポンプA出口流量低OFF信号 発信失敗+海水ポンプC出口手動弁503Cの試験後の戻し忘れ（約3%） ・再循環サンプスクリーンA、B閉塞の共通要因故障（約2%） 		<p style="text-align: right;">添付1</p> <p style="text-align: center;">ECCS 再循環のシステム信頼性解析について</p> <p>低圧再循環に関するシステム信頼性解析では、余熱除去ポンプの故障、系統内の弁の開閉失敗、オリフィス等からの外部リークや閉塞、サンプスクリーンの閉塞、電源等サポート系の機能喪失等、網羅的に機能喪失要因の分析を実施している。例として、第1図に低圧再循環のフォールトツリー概略図、第2図に低圧再循環時の簡略系統図を示す。</p> <p>システム信頼性解析の結果、大破断LOCA時に低圧再循環機能を喪失する要因のうち主なものは以下のとおりであり、再循環への切替にかかる人的過誤が低圧再循環失敗原因の約80%を占める。</p> <ol style="list-style-type: none"> ①再循環自動切替信号許可A、B操作失敗（約49%） ②運転員によるLOCA事象の診断失敗（約31%） ③再循環サンプスクリーンA、B閉塞の共通原因故障（約5%） ④余熱除去冷却器補機冷却水出口弁117A、B制御回路作動失敗の共通原因故障（約4%） 	<p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・泊は補足 3.1.1.e-1-9 ページの第1図(2/2)や補足 3.1.1.e-10 の第2図中の①～④と整合させた表記としている <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違 ・泊は再循環切替時に運転員による操作が必要なため、再循環失敗要因として再循環切替にかかる人的過誤が表れる（運転員による操作が必要な点は伊方、玄海と同様）

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
 <p>第1図 フォールトツリー概略図 (1/2)</p>		 <p>第1図 フォールトツリー概略図 (1/2)</p>	<p>【大飯】 ■設計の相違 ・ループ数の相違（ループ数については伊方と同様）</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第1図 フォールトツリー概略図(2/2)</p>	<p>第1図 フォールトツリー概略図(2/2)</p>	<p>第1図 フォールトツリー概略図(2/2)</p>	<p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違 ・個別の PRA 評価による低圧再循環機能喪失の主要因の相違

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p>第2図 低圧注入系（再循環時）簡略系統図</p>		<p>第2図 低圧注入系（再循環時）簡略系統図</p>	<p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■ 個別評価による相違 ・ 個別の PRA 評価による低圧再循環機能喪失の主要因の相違

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">添付2</p> <p>格納容器再循環サンプスクリーンの閉塞確率について</p> <p>格納容器再循環サンプスクリーンについては、LOCA時に発生するデブリを考慮し面積を拡大させたスクリーンへ取替済みであり、閉塞することは考えにくい。仮に閉塞した場合においても、格納容器再循環サンプスクリーン閉塞時の運転基準（手順書）に従い、1系列の再循環機能の復旧を試みるとともに、燃料取替用水ピットへ水を補給し高圧注入ポンプによる1次系への注入継続等を行うこととしている。</p> <p>格納容器再循環サンプスクリーンに関しては閉塞した実績もないため、故障率が整備されていないものの、LOCA発生時においても容易に閉塞に至ることはないと考えられることから、機能が類似しているストレーナ/フィルタの故障率を代用している。ストレーナ/フィルタの閉塞は純水と海水に分かれているが、LOCA時のデブリ発生を考慮し、海水中の不純物による閉塞の実績があり故障率の高い海水におけるストレーナ/フィルタの故障率を使用している。なお、海水ストレーナ/フィルタの閉塞実績としては、これまでBWRプラントにおいて2件発生しており、海水ポンプ出口ストレーナに貝が付着したため、ECCS系の待機除外やプラントの出力制限を行った実績がある。</p> <p>参考に、格納容器再循環サンプスクリーンの取替実績、保守内容等について以下に示す。</p> <p style="text-align: center;">格納容器再循環サンプスクリーンについて</p> <p>○格納容器再循環サンプスクリーンの取替実績及び保守内容 格納容器再循環サンプスクリーンは、旧原子力安全・保安院より平成20年2月27日に「非常用炉心冷却設備又は格納容器熱除去設備に係るろ過装置の性能評価等について（内規）」が発出され、面積を拡大させたスクリーンへ取替を実施している。 また、スクリーン取替後の保守として、定期検査毎に外観点検を</p>		<p style="text-align: right;">添付2</p> <p>格納容器再循環サンプスクリーンの閉塞確率について</p> <p>格納容器再循環サンプスクリーンについては、LOCA時に発生するデブリを考慮した有効面積を有する設計としており、閉塞することは考えにくい。仮に閉塞した場合においても、格納容器再循環サンプスクリーン閉塞時の運転要領（手順書）に従い、1系列の再循環機能の復旧を試みるとともに、RWSPへ水を補給し高圧注入ポンプによる1次系への注入継続等を行うこととしている。</p> <p>格納容器再循環サンプスクリーンに関しては閉塞した実績もないため、故障率が整備されていないものの、LOCA発生時においても容易に閉塞に至ることはないと考えられることから、機能が類似しているストレーナ/フィルタの故障率を代用している。ストレーナ/フィルタの閉塞は純水と海水に分かれているが、LOCA時のデブリ発生を考慮し、海水中の不純物による閉塞の実績があり故障率の高い海水におけるストレーナ/フィルタの故障率を使用している。なお、海水ストレーナ/フィルタの閉塞実績としては、これまでBWRプラントにおいて2件発生しており、海水ポンプ出口ストレーナに貝が付着したため、ECCS系の待機除外やプラントの出力制限を行った実績がある。</p> <p>参考に、格納容器再循環サンプスクリーンの保守内容等について以下に示す。</p> <p style="text-align: center;">格納容器再循環サンプスクリーンについて</p> <p>○格納容器再循環サンプスクリーンの仕様及び保守内容 格納容器再循環サンプスクリーンは、旧原子力安全・保安院より平成20年2月27日に発出された「非常用炉心冷却設備又は格納容器熱除去設備に係るろ過装置の性能評価等について（内規）」に適合したものを設置している。 また、格納容器再循環サンプスクリーンは、定期事業者検査毎に</p>	<p>相違理由</p> <p>【大飯】 ■設計の相違 ・泊は建設時から有効面積を有する設計としており、取替実績がない（以下、相違理由説明を省略）</p> <p>【大飯】 ■記載表現の相違 ・泊は泊の手順書名を記載している</p> <p>【大飯】</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-1 システム信頼性解析例について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																				
<p>実施し、プラント起動時には、スクリーンを閉塞させる異物が無いことを検査等で確認している。</p> <div style="border: 1px solid black; padding: 5px;"> <p>(1) 取替実績</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th colspan="2">表面積</th> </tr> <tr> <th>取替前</th> <th>取替後</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>約32.2㎡×2系列</td> <td>約403㎡×2系列</td> </tr> <tr> <td>約32.2㎡×2系列</td> <td>約403㎡×2系列</td> </tr> </tbody> </table> <p>3号機 平成23年8月取替済 4号機 平成22年5月取替済</p> <p>※LOCA時の蒸留処理環境下(設計事象ベース)のデブリ量に基づき設計であり、炉心溶融に伴うデブリ量については考慮していない。</p> </div> <div style="border: 1px solid black; padding: 5px; margin-top: 10px;"> <p>(2) 保守内容</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th colspan="2">内容(例)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>外観点検</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・CV再循環サンプスクリーンの養生を撤去していること ・床、壁、配管等にビニールテープ、養生シートの剥ぎ残し その他異物が無いこと等を確認 </td> </tr> <tr> <td>検査</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・サンプ内及びスクリーン流路を閉塞させるような異物が無いこと </td> </tr> </tbody> </table> </div>	表面積		取替前	取替後	約32.2㎡×2系列	約403㎡×2系列	約32.2㎡×2系列	約403㎡×2系列	内容(例)		外観点検	<ul style="list-style-type: none"> ・CV再循環サンプスクリーンの養生を撤去していること ・床、壁、配管等にビニールテープ、養生シートの剥ぎ残し その他異物が無いこと等を確認 	検査	<ul style="list-style-type: none"> ・サンプ内及びスクリーン流路を閉塞させるような異物が無いこと 	<p>女川原子力発電所2号炉</p>	<p>外観点検を実施し、プラント起動時には、スクリーンを閉塞させる異物が無いことを検査等で確認している。</p> <div style="border: 1px solid black; padding: 5px;"> <p>仕様</p> <table border="1"> <tbody> <tr> <td>表面積</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・約401㎡×2系列 </td> </tr> <tr> <td>外観点検</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器再循環サンプスクリーンの養生を撤去していること ・床、壁、配管等にビニールテープ、養生シートの剥ぎ残し その他異物が無いこと </td> </tr> <tr> <td>検査</td> <td> <ul style="list-style-type: none"> ・サンプ内及びスクリーン流路を閉塞させるような異物が無いこと </td> </tr> </tbody> </table> <p>保守内容</p> <p>※LOCA時の再循環降下(設計事象ベース)のデブリ量に基づき設計であり、炉心溶融に伴うデブリ量については考慮していない。</p> </div>	表面積	<ul style="list-style-type: none"> ・約401㎡×2系列 	外観点検	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器再循環サンプスクリーンの養生を撤去していること ・床、壁、配管等にビニールテープ、養生シートの剥ぎ残し その他異物が無いこと 	検査	<ul style="list-style-type: none"> ・サンプ内及びスクリーン流路を閉塞させるような異物が無いこと 	<p>相違理由</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ■【大飯】設計の相違
表面積																							
取替前	取替後																						
約32.2㎡×2系列	約403㎡×2系列																						
約32.2㎡×2系列	約403㎡×2系列																						
内容(例)																							
外観点検	<ul style="list-style-type: none"> ・CV再循環サンプスクリーンの養生を撤去していること ・床、壁、配管等にビニールテープ、養生シートの剥ぎ残し その他異物が無いこと等を確認 																						
検査	<ul style="list-style-type: none"> ・サンプ内及びスクリーン流路を閉塞させるような異物が無いこと 																						
表面積	<ul style="list-style-type: none"> ・約401㎡×2系列 																						
外観点検	<ul style="list-style-type: none"> ・格納容器再循環サンプスクリーンの養生を撤去していること ・床、壁、配管等にビニールテープ、養生シートの剥ぎ残し その他異物が無いこと 																						
検査	<ul style="list-style-type: none"> ・サンプ内及びスクリーン流路を閉塞させるような異物が無いこと 																						

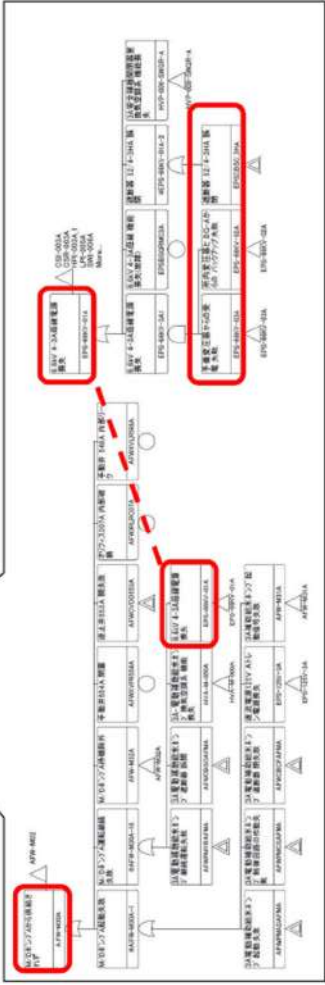

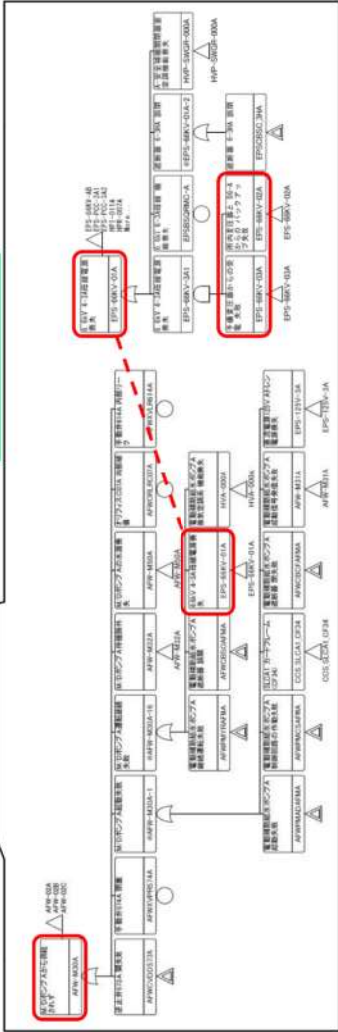
赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-2 内部事象レベル1 PRAにおけるサポート機能喪失の取扱いについて

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
<p style="text-align: right;">補足 1.3</p> <p>内部事象レベル1 PRAにおけるサポート機能喪失の取扱いについて</p> <p>個別の起因事象が発生した場合における各種緩和設備のフォールトツリーには電源、冷却水といったサポート系の喪失を基事象として取り扱っており、サポート系喪失が緩和設備の機能喪失のモードの1つとして考慮されている。</p> <p>例えば2次系の除熱機能喪失の起因事象の1つである主給水流量喪失と全交流動力電源喪失（SBO）が重畳した際には、下図に示す通り、全交流動力電源喪失により6.6kVの母線電源が機能喪失し、電動補助給水ポンプなどの緩和設備が機能喪失することとなり、その影響は評価結果に反映されることとなる。</p> <p>したがって、内部事象PRAにおいては各起因事象発生時に「外部電源喪失」、「原子炉冷却機能喪失」といったサポート系機能喪失が重畳した場合の影響は、個別の事故シーケンスの評価結果の一部として考慮されている。</p>		<p style="text-align: right;">補足3.1.1.e-2</p> <p>内部事象レベル1 PRAにおけるサポート機能喪失の取扱いについて</p> <p>個別の起因事象が発生した場合における各種緩和設備のフォールトツリーには電源、冷却水といったサポート系の喪失を基事象として取り扱っており、サポート系喪失が緩和設備の機能喪失のモードの1つとして考慮されている。</p> <p>例えば2次系の除熱機能喪失の起因事象の1つである主給水流量喪失と全交流動力電源喪失（SBO）が重畳した際には、下図に示す通り、全交流動力電源喪失により6.6kVの母線電源が機能喪失し、電動補助給水ポンプなどの緩和設備が機能喪失することとなり、その影響は評価結果に反映されることとなる。</p> <p>したがって、内部事象PRAにおいては各起因事象発生時に「外部電源喪失」、「原子炉補機冷却機能喪失」といったサポート系機能喪失が重畳した場合の影響は、個別の事故シーケンスの評価結果の一部として考慮されている。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川に該当する資料がないため大飯と比較する <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■付番の相違 ・資料番号の相違 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・泊は別添の起因事象の記載に基づいた表記としている（玄海と同様）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-2 内部事象レベル1 PRAにおけるサポート機能喪失の取扱いについて

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																													
<table border="1" style="width: 100%; text-align: center;"> <tr> <td style="width: 25%;">事故シーケンス</td> <td style="width: 25%;">炉心冷却成功</td> <td style="width: 25%;">主給水流量喪失 + 補助給水失敗</td> <td style="width: 25%;"></td> </tr> <tr> <td>補助給水</td> <td colspan="3" rowspan="2">ATWSへ</td> </tr> <tr> <td>原子炉トリップ</td> </tr> <tr> <td>主給水流量喪失</td> <td colspan="3"></td> </tr> </table> 	事故シーケンス	炉心冷却成功	主給水流量喪失 + 補助給水失敗		補助給水	ATWSへ			原子炉トリップ	主給水流量喪失				<table border="1" style="width: 100%; text-align: center;"> <tr> <td>事故シーケンス</td> <td>炉心冷却成功</td> <td>主給水流量喪失 + 補助給水失敗</td> <td>ATWSのイベントツリーで整理</td> </tr> <tr> <td>補助給水</td> <td colspan="3"></td> </tr> <tr> <td>原子炉トリップ</td> <td colspan="3"></td> </tr> <tr> <td>主給水流量喪失</td> <td colspan="3"></td> </tr> </table> 	事故シーケンス	炉心冷却成功	主給水流量喪失 + 補助給水失敗	ATWSのイベントツリーで整理	補助給水				原子炉トリップ				主給水流量喪失					<p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載表現の相違 ・泊はよりわかりやすい表現としている（高浜と同様） <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■個別評価による相違 ・フォールトツリーの詳細については設計の相違等により異なるが、サポート系喪失が緩和設備の機能喪失のモードの1つとして考慮されている点は同様。
事故シーケンス	炉心冷却成功	主給水流量喪失 + 補助給水失敗																														
補助給水	ATWSへ																															
原子炉トリップ																																
主給水流量喪失																																
事故シーケンス	炉心冷却成功	主給水流量喪失 + 補助給水失敗	ATWSのイベントツリーで整理																													
補助給水																																
原子炉トリップ																																
主給水流量喪失																																

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.e-2 内部事象レベル1 PRAにおけるサポート機能喪失の取扱いについて

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																
<p>なお、サポート系以外の起回事象（LOCA、2次冷却系の破断、SGTR等）については、重畳して発生する確率が非常に小さいと考えられることから、起回事象の重畳は考慮していない。</p> <p>(内部事象PRAでの具体例)</p> <table border="1" data-bbox="91 376 680 496"> <thead> <tr> <th>起回事象</th> <th>発生頻度 (/炉年)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>大破断LOCA</td> <td>2.2E-5</td> </tr> <tr> <td>SGTR</td> <td>3.2E-3</td> </tr> <tr> <td>大破断LOCA+SGTR</td> <td>起回事象の同時発生として考慮しない (算出例：2.2E-5×3.2E-3×24/8760=1.9E-10)</td> </tr> </tbody> </table>	起回事象	発生頻度 (/炉年)	大破断LOCA	2.2E-5	SGTR	3.2E-3	大破断LOCA+SGTR	起回事象の同時発生として考慮しない (算出例：2.2E-5×3.2E-3×24/8760=1.9E-10)		<p>なお、サポート系以外の起回事象（LOCA、2次冷却系の破断、SGTR等）については、重畳して発生する確率が非常に小さいと考えられることから、起回事象の重畳は考慮していない。</p> <p>(内部事象PRAでの具体例)</p> <table border="1" data-bbox="1317 368 1890 467"> <thead> <tr> <th>起回事象</th> <th>発生頻度 (/炉年)</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>大破断LOCA</td> <td>2.2E-5</td> </tr> <tr> <td>SGTR</td> <td>2.4E-3</td> </tr> <tr> <td>大破断LOCA+SGTR</td> <td>起回事象の同時発生として考慮しない (算出例：2.2E-5×2.4E-3×24/8760=1.4E-10)</td> </tr> </tbody> </table>	起回事象	発生頻度 (/炉年)	大破断LOCA	2.2E-5	SGTR	2.4E-3	大破断LOCA+SGTR	起回事象の同時発生として考慮しない (算出例：2.2E-5×2.4E-3×24/8760=1.4E-10)	<p>【大飯】 ■個別評価による相違 ・蒸気発生器の台数及び伝熱管本数の相違に伴うSGTRの発生頻度の相違（川内と同様）。サポート系以外の起回事象の重畳を考慮していない点は大飯と同様。</p>
起回事象	発生頻度 (/炉年)																		
大破断LOCA	2.2E-5																		
SGTR	3.2E-3																		
大破断LOCA+SGTR	起回事象の同時発生として考慮しない (算出例：2.2E-5×3.2E-3×24/8760=1.9E-10)																		
起回事象	発生頻度 (/炉年)																		
大破断LOCA	2.2E-5																		
SGTR	2.4E-3																		
大破断LOCA+SGTR	起回事象の同時発生として考慮しない (算出例：2.2E-5×2.4E-3×24/8760=1.4E-10)																		

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.f-1 ディーゼル発電機の故障率について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.f-1</p> <p style="text-align: center;"><u>非常用ディーゼル発電機の故障率について</u></p> <p>本評価における機器故障率データは、広く議論され認知されたものである「故障件数の不確実さを考慮した国内一般機器故障率の推定（平成21年5月公表）」（以下「国内故障率データ」という。）を使用している。</p> <p>非常用ディーゼル発電機（以下「D/G」という。）の故障率に係る次の項目について確認した結果を以下に示す。</p> <ol style="list-style-type: none"> 1. プレコンディショニングと故障実績の関係 2. 機器故障率データ（米国故障率データ及び個別プラント故障率データ） 3. 内部事象レベル1 PRAの炉心損傷頻度に対するD/G故障率の影響 <p>1. プレコンディショニングと故障実績の関係 (1) 女川2号炉におけるD/Gに係るプレコンディショニングの実施状況</p> <p>女川2号炉では、これまで、D/Gの定期試験及び定期事業者検査において、起動前のプレコンディショニング（「ターニング」・「エアランニング」を指す）を実施していない。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.f-1</p> <p style="text-align: center;">ディーゼル発電機の故障率について</p> <p>本評価における機器故障率データは、広く議論され認知されたものである「故障件数の不確実さを考慮した国内一般機器故障率の推定（平成21年5月公表）」（以下、「国内故障率データ」という。）を使用している。</p> <p>ディーゼル発電機（以下、「D/G」という。）の故障率に係る次の項目について確認した結果を以下に示す。</p> <ol style="list-style-type: none"> 1. プレコンディショニングと故障実績の関係 2. 機器故障率データ（米国故障率データ及び個別プラント故障率データ） 3. 内部事象レベル1 PRAの炉心損傷頻度に対するD/G故障率の影響 <p>1. プレコンディショニングと故障実績の関係 (1) 泊発電所3号炉におけるD/Gに係るプレコンディショニングの実施状況</p> <p>泊発電所3号炉では、D/Gの定期試験及び定期事業者検査において、起動前のプレコンディショニング（「ターニング」・「エアランニング」を指す）を実施していない。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映 <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■機器名称の相違 ・「非常用ディーゼル発電機」 ⇔「ディーゼル発電機」 （以下、相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■名称の相違 ・申請プラント （以下、相違理由説明を省略） <p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載内容の相違 ・泊は運用の変更により現在は起動前のプレコンディショニングを実施しない運用であるため記載が異

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.f-1 ディーゼル発電機の故障率について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>(2) プレコンディショニング中に発生した故障の扱い プレコンディショニング中に発生した故障事象は、故障の判定基準上、故障として扱われる仕組みになっており、実際、他プラントにおいてプレコンディショニング中に生じた故障事象が故障として収集されている。*</p> <p>なお、定期検査時の分解点検において故障を発見した時でも供用中に発生していた場合は、故障が発見された時点に起動又は作動要求があったものとして故障事象として収集している。 ※国内故障率データは、「原子力発電所に関する確率論的安全評価用の機器故障率の算出(1982年度～1997年度16カ年49基データ改訂版)」の故障の判定基準に従い、その情報がPRAで用いる故障実績とすべきか否か分析され、原子力リスク研究センター(NRRC)の原子力発電所信頼性データシステムにて管理されている。</p> <p>(3) 女川2号炉におけるD/Gに係るプレコンディショニングと故障実績の関係 上記のとおり女川2号炉ではD/Gの起動前にプレコンディショニングを実施していない。一方、国内故障率データにおいて、D/Gの全故障件数は19件であり、そのうち女川2号炉のD/Gの故障件数は0件であり、女川2号炉の個別プラントD/G故障率(詳細は2.に示す)は、一般機器故障率よりも低い値になると考えられる。</p> <p>こうした状況から、プレコンディショニングはPRAに対して有意な影響を与えていないと考えられる。</p> <p>2. 機器故障率データ 機器故障率データについて、国内故障率データの他に、米国故障率データがある。また、国内故障率データには、一般故障率の他に個別プラントの故障率が記載されている。D/G故障率に係る国内故障率データと米国故障率データ及び個別プラント故障率データとの差異を以下に示す。</p>	<p>(2) プレコンディショニング中に発生した故障の扱い プレコンディショニング中に発生した故障事象は、故障の判定基準上、故障として扱われる仕組みになっており、実際、他プラントにおいてプレコンディショニング中に生じた故障事象が故障として収集されている。*</p> <p>なお、定期検査時の分解点検において故障を発見した時でも使用中に発生していた場合は、故障が発見された時点に起動又は作動要求があったものとして故障事象として収集している。 ※国内故障率データは、「原子力発電所に関する確率論的安全評価用の機器故障率の算出(1982年度～1997年度16カ年49基データ改訂版)」の故障の判定基準に従い、その情報がPRAで用いる故障実績とすべきか否か分析され、原子力リスク研究センター(NRRC)の原子力発電所信頼性データシステムにて管理されている。</p> <p>(3) 泊発電所3号炉におけるD/Gに係るプレコンディショニングと故障実績の関係 上記のとおり泊発電所3号炉ではD/Gの起動前にプレコンディショニングを実施していないが、国内故障率データにおいてはプレコンディショニング中の故障件数も収集されている。一方、国内故障率データにおいて、D/Gの全故障件数は19件であり、そのうち泊発電所3号炉のD/Gの故障件数は0件であり、泊発電所3号炉の個別プラントD/G故障率(詳細は2.に示す)は、一般機器故障率よりも低い値になると考えられる。</p> <p>こうした状況から、プレコンディショニングはPRAに対して有意な影響を与えていないと考えられる。</p> <p>2. 機器故障率データ 機器故障率データについて、国内故障率データの他に、米国故障率データがある。また、国内故障率データには、一般故障率の他に個別プラントの故障率が記載されている。D/G故障率に係る国内故障率データと米国故障率データ及び個別プラント故障率データとの差異を以下に示す。</p>	<p>なる。</p> <p>【女川】 ■記載方針の相違 ・泊は記載充実のため、国内故障率データにおけるプレコンディショニング中の故障件数の扱いも記載している(島根と同様)</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.f-1 ディーゼル発電機の故障率について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由															
<p>(1) 米国故障率データ</p> <p>米国では、原子力発電運転協会（INPO）が管理する保守規則、MSPI及びROP等をサポートするデータベースを基に、NRCが米国故障率データを公表している。</p> <p>国内故障率データと米国故障率データにおけるD/G故障率（起動失敗）は下表のとおりであり、米国のD/G故障率は、国内故障率データに対して約2倍となっている。なお、「継続運転失敗」については、米国故障率データが起動に失敗したデータと起動成功後に故障したデータを区別して計算しているのに対し、国内故障率データではこれらを区別せずに計算しており、同等の比較対象とならないと考えられる。</p> <p>(2) 個別プラント故障率データ</p> <p>「故障件数の不確実さを考慮した国内一般機器故障率の推定（平成21年5月公表）」には、プラント名称が示されていないものの、いくつかの機種についての感度解析として個別プラントの故障率が記載されている。そのうち、D/G故障率（起動失敗）について、一般機器故障率及び個別プラント故障率の最大・最小値は下表のとおりであり、個別プラント故障率の最大値は、一般機器故障率に対して一般機器故障率の約2倍となっている。</p> <table border="1" data-bbox="705 901 1288 1037"> <caption>表1 D/G故障率の比較</caption> <thead> <tr> <th>機器故障率データ</th> <th>国内故障率データ（一般機器故障率）</th> <th>Component Reliability Data Sheet 2015 (2017年2月：NRC)</th> <th>国内故障率データ（個別プラント故障率）</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>D/G故障率</td> <td>1.5E-03 [1/D]</td> <td>2.9E-03 [1/D]</td> <td>(最大) 3.8E-03 [1/D] (最小) 6.6E-04 [1/D]</td> </tr> </tbody> </table> <p>3. 内部事象レベル 1 PRAの炉心損傷頻度に対するD/G故障率の影響</p> <p>2. に示すように、米国故障率データ及び個別プラント故障率データの最大値は国内故障率データに対して約2倍程度となっている。</p> <p>そこで、女川2号炉の内部事象レベル1 PRAについてD/G故障率を2倍にした場合の影響を確認するとともに、重要事故シナリオ選定への影響を確認した。D/G故障率を2倍とした場合の事故シナリオ別の炉心損傷頻度を表2に示す。</p>	機器故障率データ	国内故障率データ（一般機器故障率）	Component Reliability Data Sheet 2015 (2017年2月：NRC)	国内故障率データ（個別プラント故障率）	D/G故障率	1.5E-03 [1/D]	2.9E-03 [1/D]	(最大) 3.8E-03 [1/D] (最小) 6.6E-04 [1/D]	<p>(1) 米国故障率データ</p> <p>米国では、原子力発電運転協会（INPO）が管理する保守規則、MSPI及びROP等をサポートするデータベースを基に、NRCが米国故障率データを公表している。</p> <p>国内故障率データと米国故障率データにおけるD/G故障率（起動失敗）は下表のとおりであり、米国のD/G故障率は、国内故障率データに対して約2倍となっている。なお、「継続運転失敗」については、米国故障率データが起動に失敗したデータと起動成功後に故障したデータを区別して計算しているのに対し、国内故障率データではこれらを区別せずに計算しており、同等の比較対象とならないと考えられる。</p> <p>(2) 個別プラント故障率データ</p> <p>「故障件数の不確実さを考慮した国内一般機器故障率の推定（平成21年5月公表）」には、プラント名称が示されていないものの、いくつかの機種についての感度解析として個別プラントの故障率が記載されている。そのうち、D/G故障率（起動失敗）について、一般機器故障率及び個別プラント故障率の最大・最小値は下表のとおりであり、個別プラント故障率の最大値は、一般機器故障率に対して一般機器故障率の約2倍となっている。</p> <table border="1" data-bbox="1310 901 1892 1037"> <caption>表1 D/G故障率の比較</caption> <thead> <tr> <th>機器故障率データ</th> <th>国内故障率データ（一般機器故障率）</th> <th>Component Reliability Data Sheet 2015 (2017年2月：NRC)</th> <th>国内故障率データ（個別プラント故障率）</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>D/G故障率</td> <td>1.5×10⁻³[1/D]</td> <td>2.9×10⁻³[1/D]</td> <td>(最小) 3.8×10⁻³ [1/D] (最大) 6.6×10⁻⁴ [1/D]</td> </tr> </tbody> </table> <p>3. 内部事象レベル 1 PRAの炉心損傷頻度に対する D/G 故障率の影響</p> <p>2. に示すように、米国故障率データ及び個別プラント故障率データの最大値は国内故障率データに対して約2倍程度となっている。</p> <p>そこで、泊発電所3号炉の内部事象レベル1 PRAについてD/G故障率を2倍にした場合の影響を確認するとともに、重要事故シナリオ選定への影響を確認した。D/G故障率を2倍とした場合の事故シナリオ別の炉心損傷頻度を表2に示す。</p>	機器故障率データ	国内故障率データ（一般機器故障率）	Component Reliability Data Sheet 2015 (2017年2月：NRC)	国内故障率データ（個別プラント故障率）	D/G故障率	1.5×10 ⁻³ [1/D]	2.9×10 ⁻³ [1/D]	(最小) 3.8×10 ⁻³ [1/D] (最大) 6.6×10 ⁻⁴ [1/D]	<p>相違理由</p> <p>【女川】 ■記載表現の相違</p>
機器故障率データ	国内故障率データ（一般機器故障率）	Component Reliability Data Sheet 2015 (2017年2月：NRC)	国内故障率データ（個別プラント故障率）															
D/G故障率	1.5E-03 [1/D]	2.9E-03 [1/D]	(最大) 3.8E-03 [1/D] (最小) 6.6E-04 [1/D]															
機器故障率データ	国内故障率データ（一般機器故障率）	Component Reliability Data Sheet 2015 (2017年2月：NRC)	国内故障率データ（個別プラント故障率）															
D/G故障率	1.5×10 ⁻³ [1/D]	2.9×10 ⁻³ [1/D]	(最小) 3.8×10 ⁻³ [1/D] (最大) 6.6×10 ⁻⁴ [1/D]															

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナリオグループ及び重要事故シナリオ等の選定について
 補足 3.1.1.f-1 ディーゼル発電機の故障率について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>(1) 内部事象レベル1PRAの炉心損傷頻度への影響について</p> <ul style="list-style-type: none"> 内部事象レベル1PRAの炉心損傷頻度 (5.5E-05 (／炉年)) は、D/G故障率を2倍にしても約0.05%の増加 (約0.003E-5 (／炉年)) にとどまった。 D/G故障率に対して、感度を有する事故シナリオグループは「高圧・低圧注水機能喪失」及び「全交流動力電源喪失」であり、それ以外の事故シナリオグループについては感度がないことを確認した。これらの炉心損傷頻度が大きく変化した事故シナリオに対するD/G故障率の影響について以下に示す。 <p>➤ 高圧・低圧注水機能喪失</p> <p>事故シナリオ「手動停止＋高圧注水失敗＋低圧ECCS失敗」及び「手動停止＋SRV再開失敗＋高圧注水失敗＋低圧ECCS失敗」の炉心損傷頻度が約2倍となった。これらの事故シナリオでは、起因事象として通常停止を対象としており、通常停止では、次のとおり、他の起因事象に比べて多くの緩和設備に期待している。</p> <ul style="list-style-type: none"> 緩和設備として給復水系に期待している。 起因事象従属性(起因事象により機能喪失する緩和設備)がない。 <p>多くの緩和設備に従属する故障としては電源故障の寄与が大きい。また、使命時間内の外部電源喪失及び外部電源喪失時の電源としてD/Gの寄与が大きい。D/Gの故障率を2倍としたことで、使命時間内の外部電源喪失とD/G故障を含むカットセットが上位に現れる結果となり、炉心損傷頻度が増加した。</p> <p>➤ 全交流動力電源喪失</p> <p>事故シナリオ「全交流動力電源喪失（外部電源喪失＋DG失敗）＋HPCS失敗」、「全交流動力電源喪失（外部電源喪失＋DG失敗）＋SRV再開失敗＋HPCS失敗」及び「全交流動力電源喪失（外部電源喪失＋DG失敗）＋高圧注水失敗」の炉心損傷頻度が約4倍となった。これらの事故シナリオについて、全交流動力電源喪失に至る主な要因は「D/G(A),(B)の共通原因故障」及びHPCS失敗要因としての「D/G(H)の故障」であり、D/Gの故障率をそれぞれ2倍としたことで、これらの主要な要因の発生確率が高くなり、炉心損傷頻度が増加した。</p>	<p>(1) 内部事象レベル1PRAの炉心損傷頻度への影響について</p> <ul style="list-style-type: none"> 内部事象レベル1PRAの炉心損傷頻度 (2.3×10⁻⁴ (／炉年)) は、D/G故障率を2倍にしても約0.4%の増加 (約1×10⁻⁶ (／炉年)) にとどまった。 D/G故障率に対して、感度を有する事故シナリオグループは「全交流動力電源喪失」のみであり、それ以外の事故シナリオグループについては感度がないことを確認した。「全交流動力電源喪失」に係る事故シナリオに対するD/G故障率の影響について以下に示す。 <p>➤ 全交流動力電源喪失</p> <p>全交流動力電源喪失に係る事故シナリオは「外部電源喪失＋非常用所内交流電源喪失」のみであり、当該事故シナリオの炉心損傷頻度が約1.3倍となった。当該事故シナリオに至る要因に「共通原因によるD/G-A,B起動失敗」等があり、D/Gの故障率をそれぞれ2倍にしたことで、これらの要因の発生確率が高くなり、炉心損傷頻度が増加した。</p>	<p>【女川】 ■個別評価による相違</p> <p>【女川】 ■個別評価による相違</p> <p>【女川】 ■個別評価による相違</p>

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.f-1ディーゼル発電機の故障率について

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由																																																																																								
	<p>次に、事故シーケンス「全交流動力電源喪失（外部電源喪失+DG失敗）+直流電源喪失+HPCS失敗」の炉心損傷頻度が約2倍となった。本事故シーケンスでは、直流電源喪失（蓄電池(A)・(B)の機能喪失)によりD/G(A)、(B)が起動不可能となるため、D/G(A)、(B)の故障は本事故シーケンスの炉心損傷頻度に影響しない。HPCSについて、外部電源喪失状態でのHPCS失敗の主な要因は「D/G(H)の故障」である。D/Gの故障率を2倍とした影響が「D/G(H)の故障」に対してのみ影響したため、炉心損傷頻度増分は他の全交流動力電源喪失シーケンスとは異なり約2倍にとどまる結果となった。</p>	<p>表2 D/G故障率を2倍とした場合の事故シーケンス別の炉心損傷頻度</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>事故シーケンスグループ</th> <th>事故シーケンス</th> <th>①ベースケース (D/G故障率2倍)</th> <th>②/①</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">1 2次冷却系からの除熱機能喪失</td> <td>小破断LOCA+補助給水失敗</td> <td>1.0E-08</td> <td>1.0E-08</td> </tr> <tr> <td>過給水流量喪失+補助給水失敗</td> <td>4.2E-07</td> <td>6.2E-07</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">2 全交流動力電源喪失</td> <td>過給水流量喪失+補助給水失敗</td> <td>5.4E-06</td> <td>5.4E-06</td> </tr> <tr> <td>手動停止+補助給水失敗</td> <td>1.3E-05</td> <td>1.3E-05</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">3 原子炉機械冷却機能喪失</td> <td>外部電源喪失+補助給水失敗</td> <td>3.8E-07</td> <td>1.3E-07</td> </tr> <tr> <td>2次冷却系の破断+補助給水失敗</td> <td>1.2E-06</td> <td>1.2E-06</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">4 原子炉機械冷却機能喪失</td> <td>過給水流量喪失+補助給水失敗</td> <td>1.7E-11</td> <td>1.7E-11</td> </tr> <tr> <td>外部電源喪失+非常用炉内交流電源喪失</td> <td>1.5E-06</td> <td>4.5E-06</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">5 原子炉停止機能喪失</td> <td>原子炉機械冷却機能喪失+RSP-シールドLOCA</td> <td>1.0E-04</td> <td>2.0E-04</td> </tr> <tr> <td>原子炉機械冷却機能喪失+補助給水失敗</td> <td>1.1E-08</td> <td>1.1E-08</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">6 EOCSS注水機能喪失</td> <td>本破断LOCA+低圧蒸留器スライ注入失敗</td> <td>1.0E-13</td> <td>3.0E-13</td> </tr> <tr> <td>大破断LOCA+低圧蒸留器スライ注入失敗</td> <td>4.2E-12</td> <td>6.2E-12</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">7 EOCSS新循環機能喪失</td> <td>中破断LOCA+格納容器スライ注入失敗</td> <td>1.9E-09</td> <td>9.9E-09</td> </tr> <tr> <td>小破断LOCA+格納容器スライ注入失敗</td> <td>1.7E-08</td> <td>2.7E-08</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">8 格納容器/バイパス</td> <td>小破断LOCA+格納容器スライ注入失敗</td> <td>1.0E-08</td> <td>3.0E-08</td> </tr> <tr> <td>ATWS</td> <td>1.3E-09</td> <td>2.9E-09</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">9 格納容器/バイパス</td> <td>大破断LOCA+低圧注入失敗</td> <td>1.4E-09</td> <td>4.2E-09</td> </tr> <tr> <td>中破断LOCA+高圧注入失敗</td> <td>3.5E-11</td> <td>2.9E-11</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">10 格納容器/バイパス</td> <td>中破断LOCA+高圧注入失敗</td> <td>1.3E-08</td> <td>3.9E-08</td> </tr> <tr> <td>小破断LOCA+高圧注入失敗</td> <td>1.7E-08</td> <td>1.7E-08</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">11 格納容器/バイパス</td> <td>中破断LOCA+高圧注入失敗+高圧蒸留器失敗</td> <td>3.3E-08</td> <td>5.3E-08</td> </tr> <tr> <td>小破断LOCA+高圧注入失敗</td> <td>1.7E-07</td> <td>1.7E-07</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">12 格納容器/バイパス</td> <td>インターフェースシステムLOCA</td> <td>2.8E-07</td> <td>3.0E-11</td> </tr> <tr> <td>高蒸気発生器蒸気管破断+破断高蒸気発生器の隔離失敗</td> <td>2.3E-04</td> <td>2.3E-04</td> </tr> </tbody> </table>	事故シーケンスグループ	事故シーケンス	①ベースケース (D/G故障率2倍)	②/①	1 2次冷却系からの除熱機能喪失	小破断LOCA+補助給水失敗	1.0E-08	1.0E-08	過給水流量喪失+補助給水失敗	4.2E-07	6.2E-07	2 全交流動力電源喪失	過給水流量喪失+補助給水失敗	5.4E-06	5.4E-06	手動停止+補助給水失敗	1.3E-05	1.3E-05	3 原子炉機械冷却機能喪失	外部電源喪失+補助給水失敗	3.8E-07	1.3E-07	2次冷却系の破断+補助給水失敗	1.2E-06	1.2E-06	4 原子炉機械冷却機能喪失	過給水流量喪失+補助給水失敗	1.7E-11	1.7E-11	外部電源喪失+非常用炉内交流電源喪失	1.5E-06	4.5E-06	5 原子炉停止機能喪失	原子炉機械冷却機能喪失+RSP-シールドLOCA	1.0E-04	2.0E-04	原子炉機械冷却機能喪失+補助給水失敗	1.1E-08	1.1E-08	6 EOCSS注水機能喪失	本破断LOCA+低圧蒸留器スライ注入失敗	1.0E-13	3.0E-13	大破断LOCA+低圧蒸留器スライ注入失敗	4.2E-12	6.2E-12	7 EOCSS新循環機能喪失	中破断LOCA+格納容器スライ注入失敗	1.9E-09	9.9E-09	小破断LOCA+格納容器スライ注入失敗	1.7E-08	2.7E-08	8 格納容器/バイパス	小破断LOCA+格納容器スライ注入失敗	1.0E-08	3.0E-08	ATWS	1.3E-09	2.9E-09	9 格納容器/バイパス	大破断LOCA+低圧注入失敗	1.4E-09	4.2E-09	中破断LOCA+高圧注入失敗	3.5E-11	2.9E-11	10 格納容器/バイパス	中破断LOCA+高圧注入失敗	1.3E-08	3.9E-08	小破断LOCA+高圧注入失敗	1.7E-08	1.7E-08	11 格納容器/バイパス	中破断LOCA+高圧注入失敗+高圧蒸留器失敗	3.3E-08	5.3E-08	小破断LOCA+高圧注入失敗	1.7E-07	1.7E-07	12 格納容器/バイパス	インターフェースシステムLOCA	2.8E-07	3.0E-11	高蒸気発生器蒸気管破断+破断高蒸気発生器の隔離失敗	2.3E-04	2.3E-04	<p>【女川】 ■ 個別評価による相違</p>
事故シーケンスグループ	事故シーケンス	①ベースケース (D/G故障率2倍)	②/①																																																																																								
1 2次冷却系からの除熱機能喪失	小破断LOCA+補助給水失敗	1.0E-08	1.0E-08																																																																																								
	過給水流量喪失+補助給水失敗	4.2E-07	6.2E-07																																																																																								
2 全交流動力電源喪失	過給水流量喪失+補助給水失敗	5.4E-06	5.4E-06																																																																																								
	手動停止+補助給水失敗	1.3E-05	1.3E-05																																																																																								
3 原子炉機械冷却機能喪失	外部電源喪失+補助給水失敗	3.8E-07	1.3E-07																																																																																								
	2次冷却系の破断+補助給水失敗	1.2E-06	1.2E-06																																																																																								
4 原子炉機械冷却機能喪失	過給水流量喪失+補助給水失敗	1.7E-11	1.7E-11																																																																																								
	外部電源喪失+非常用炉内交流電源喪失	1.5E-06	4.5E-06																																																																																								
5 原子炉停止機能喪失	原子炉機械冷却機能喪失+RSP-シールドLOCA	1.0E-04	2.0E-04																																																																																								
	原子炉機械冷却機能喪失+補助給水失敗	1.1E-08	1.1E-08																																																																																								
6 EOCSS注水機能喪失	本破断LOCA+低圧蒸留器スライ注入失敗	1.0E-13	3.0E-13																																																																																								
	大破断LOCA+低圧蒸留器スライ注入失敗	4.2E-12	6.2E-12																																																																																								
7 EOCSS新循環機能喪失	中破断LOCA+格納容器スライ注入失敗	1.9E-09	9.9E-09																																																																																								
	小破断LOCA+格納容器スライ注入失敗	1.7E-08	2.7E-08																																																																																								
8 格納容器/バイパス	小破断LOCA+格納容器スライ注入失敗	1.0E-08	3.0E-08																																																																																								
	ATWS	1.3E-09	2.9E-09																																																																																								
9 格納容器/バイパス	大破断LOCA+低圧注入失敗	1.4E-09	4.2E-09																																																																																								
	中破断LOCA+高圧注入失敗	3.5E-11	2.9E-11																																																																																								
10 格納容器/バイパス	中破断LOCA+高圧注入失敗	1.3E-08	3.9E-08																																																																																								
	小破断LOCA+高圧注入失敗	1.7E-08	1.7E-08																																																																																								
11 格納容器/バイパス	中破断LOCA+高圧注入失敗+高圧蒸留器失敗	3.3E-08	5.3E-08																																																																																								
	小破断LOCA+高圧注入失敗	1.7E-07	1.7E-07																																																																																								
12 格納容器/バイパス	インターフェースシステムLOCA	2.8E-07	3.0E-11																																																																																								
	高蒸気発生器蒸気管破断+破断高蒸気発生器の隔離失敗	2.3E-04	2.3E-04																																																																																								

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シナシグループ及び重要事故シナシ等選定について
 補足 3.1.1.f-1 ディーゼル発電機の故障率について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>(2) 重要事故シナシの選定への影響について</p> <p>表2に示すとおり、D/G故障率に対して、感度を有する事故シナシグループは「高圧・低圧注水機能喪失」及び「全交流動力電源喪失」であり、それ以外の事故シナシグループについては感度がないことを確認した。以上を踏まえ、これらの感度を有する事故シナシグループについて、重要事故シナシ選定に対する影響を整理した。</p> <p>➤ 高圧・低圧注水機能喪失</p> <p>本事故シナシグループでは、余裕時間の観点で起回事象発生後の事象進展が早いと考えられる過渡事象（全給水喪失）を起因とし、要求される設備容量の観点で原子炉減圧が必要となる「過渡事象+高圧注水失敗+低圧ECCS失敗」を重要事故シナシとして選定している。よって、手動停止を起因とする事故シナシの炉心損傷頻度が約2倍になった場合についても、重要事故シナシ選定上の影響はない。</p> <p>➤ 全交流動力電源喪失</p> <p>本事故シナシグループでは、機能喪失の状況が異なる4つの事故シナシ全てを重要事故シナシとして選定していることから、重要事故シナシ選定上の影響はない。</p> <p>4. まとめ</p> <p>女川2号炉ではD/Gのプレコンディショニングを実施しておらず、国内故障率データにおけるD/G故障件数が0件であることを踏まえると、プレコンディショニングはPRAに対して有意な影響を与えていないと考えられる。</p> <p>また、女川2号炉の内部事象レベル1 PRA及び重要事故シナシ選定について、国内故障率データと米国故障率データ及び個別プラント故障率データにおけるD/G故障率の差異が約2倍であることを踏まえ、D/G故障率を2倍にした感度解析を実施し、影響がないことを確認した。</p> <p style="text-align: right;">以上</p>	<p>(2) 重要事故シナシ選定への影響について</p> <p>第2表に示すとおり、D/G故障率に対して感度を有する事故シナシグループは「全交流動力電源喪失」のみであり、それ以外の事故シナシグループについては感度がないことを確認した。以上を踏まえ、「全交流動力電源喪失」について、重要事故シナシ選定に対する影響を整理した。</p> <p>➤ 全交流動力電源喪失</p> <p>全交流動力電源喪失に係る事故シナシは「外部電源喪失+非常用所内交流電源喪失」のみであり、当該事故シナシを重要事故シナシとして選定していることから、重要事故シナシ選定上の影響はない。</p> <p>4. まとめ</p> <p>泊発電所3号炉ではD/Gのプレコンディショニングを実施しておらず、国内故障率データにおけるD/G故障件数が0件であることを踏まえると、プレコンディショニングはPRAに対して有意な影響を与えていないと考えられる。</p> <p>また、泊発電所3号炉の内部事象レベル1 PRA及び重要事故シナシ選定について、国内故障率データと米国故障率データ及び個別プラントの故障率データにおけるD/G故障率の差異が約2倍であることを踏まえ、D/G故障率を2倍にした感度解析を実施し、影響がないことを確認した。</p>	<p>【女川】</p> <p>■記載表現の相違</p> <p>・図表の記載、図表番号の相違</p> <p>【女川】</p> <p>■個別評価による相違</p> <p>【女川】</p> <p>■個別評価による相違</p> <p>【女川】</p> <p>■個別評価による相違</p> <p>【女川】</p> <p>■記載表現の相違</p>

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について

補足 3.1.1.f-2 故障確率データがない機器について既存データを代用する場合の妥当性について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p style="text-align: right;">別紙3.1.1.f-2</p> <p style="text-align: center;"><u>故障確率データがない機器について既存データを代用する場合の妥当性について</u></p> <p>本評価において故障確率データについては、国内21ヶ年データ（「故障件数の不確実さを考慮した国内一般機器故障率の推定（平成21年5月公表）」）を用いている。本評価では、国内21ヶ年データにおいて整備されていない以下に示す機器については別の機器のデータを代用している。</p> <p>なお、国内21ヶ年データに必要とする故障確率データがない場合については、同データベースの他の機器の故障率を代用することとしている。これは、原子力発電所における運転・保守に依存する機器の運転期間、点検頻度等の違い、また、対象機器の故障率算出のためのバウンダリ、故障モード等の設定等の本データベースの特殊性から、他のデータベースの適用が困難と考えているためである。</p> <p>以下に故障率を代用した機器について、その考え方について示す。</p>	<p style="text-align: right;">補足3.1.1.f-2</p> <p style="text-align: center;">故障確率データがない機器について既存データを代用する場合の妥当性について</p> <p>本評価において故障確率データについては、国内21ヶ年データ（「故障件数の不確実さを考慮した国内一般機器故障率の推定（平成21年5月公表）」）を用いている。本評価では、国内21ヶ年データにおいて整備されていない以下に示す機器については別の機器のデータを代用している。</p> <p>なお、国内21ヶ年データに必要とする故障確率データがない場合については、同データベースの他の機器の故障率を代用することとしている。これは、原子力発電所における運転・保守に依存する機器の運転期間、点検頻度等の違い、また、対象機器の故障率算出のためのバウンダリ、故障モード等の設定等の本データベースの特殊性から、他のデータベースの適用が困難と考えているためである。</p> <p>以下に故障率を代用した機器について、その考え方について示す。</p>	<p>【女川】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■資料名称の相違 ・別紙⇔補足 <p>【大飯】</p> <ul style="list-style-type: none"> ■記載方針の相違 ・女川実績の反映

赤字：設備、運用又は体制の相違（設計方針の相違）
 青字：記載箇所又は記載内容の相違（記載方針の相違）
 緑字：記載表現、設備名称の相違（実質的な相違なし）

第37条 付録1 事故シーケンスグループ及び重要事故シーケンス等の選定について
 補足 3.1.1.f-2 故障確率データがない機器について既存データを代用する場合の妥当性について

大飯発電所3/4号炉	女川原子力発電所2号炉	泊発電所3号炉	相違理由
	<p>1. 機器故障率を代用した機器</p> <p>(1) ECCSポンプ室空調機</p> <div data-bbox="698 247 1285 641" style="border: 2px solid black; width: 100%; height: 100%;"></div> <p style="text-align: center;">図1 ECCSポンプ室空調機概略図</p> <p>(2) スクラムコンタクタ</p> <p>スクラムコンタクタについては、「リレー」を代用し、「スクラムコンタクタ不動作」の故障率を「リレー不動作」の故障率として評価を実施している。</p> <p>これは、「スクラムコンタクタ」は原子力特有の機器であり、また、コンタクタ（電磁接触器）がリレーの機器構造と類似しているため、「リレー不動作」の故障率を代用したものである。</p> <p>(3) 中性子束検出器</p> <p>中性子束検出器については、「放射線検出器」を代用し、「中性子束検出器不動作」及び「中性子束検出器低出力」の故障率をそれぞれ「放射線検出器不動作」及び「放射線検出器高出力/低出力」の故障率として評価を実施している。</p> <p>これは、「中性子束検出器」が原子力特有の機器であり、また、放射線検出器と類似しているため、放射線検出器の故障率を代用したものである。</p> <p>(4) 制御弁</p>	<p>1. 機器故障率を代用した機器</p> <p>(1) 空調用冷凍機</p> <p>空調用冷凍機については、「電動ポンプ（純水）」を代用し、「空調用冷凍機起動失敗」及び「空調用冷凍機継続運転失敗」の故障率をそれぞれ「電動ポンプ（純水）起動失敗」及び「電動ポンプ（純水）継続運転失敗」の故障率として評価を実施している。</p> <p>これは、「空調用冷凍機」が電動機器であるため、電動ポンプ（純水）の故障率を代用したものである。</p> <p>(2) 空気圧縮機</p> <p>空気圧縮機については、「電動ポンプ（純水）」を代用し、「空気圧縮機起動失敗」及び「空気圧縮機継続運転失敗」の故障率をそれぞれ「電動ポンプ（純水）起動失敗」及び「電動ポンプ（純水）継続運転失敗」の故障率として評価を実施している。</p> <p>これは、「空気圧縮機」が冷却（原子炉補機冷却水系）を必要とする電動機器であるため、電動ポンプ（純水）の故障率を代用したものである。</p> <p>(3) スプレイヘッダ</p> <p>スプレイヘッダについては、「配管（3インチ未満）」を代用し、「スプレイヘッダ閉塞」及び「スプレイヘッダリーク」の故障率をそれぞれ「配管（3インチ未満）閉塞」及び「配管（3インチ未満）リーク」の故障率として評価を実施している。</p> <p>これは、「スプレイヘッダ」の構造が3インチ未満の配管の構造と類似しているため、配管（3インチ未満）の故障率を代用したものである。</p> <p>(4) 空気熱交換器（流体式）</p>	<p>【女川】</p> <p>■個別評価による相違 （着色せず）</p>

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。