

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																																																													
		<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p> <p style="text-align: center;">①重要監視パラメータ、②有価監視パラメータ、③補助パラメータ</p> <p>1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項</th> <th colspan="2">原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項</th> <th rowspan="2">計器数</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">監視項目</th> <th rowspan="2">監視項目</th> <th rowspan="2">監視項目</th> <th rowspan="2">監視項目</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>監視項目</th> <th>計器数</th> <th>監視項目</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">           監視項目            (1) 原子炉格納容器内の冷却水の温度            (2) 原子炉格納容器内の冷却水の流量            (3) 原子炉格納容器内の冷却水の圧力            (4) 原子炉格納容器内の冷却水の液位            (5) 原子炉格納容器内の冷却水のPH            (6) 原子炉格納容器内の冷却水の電導度            (7) 原子炉格納容器内の冷却水の硬度            (8) 原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度            (9) 原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度            (10) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度            (11) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度         </td> <td rowspan="10">           原子炉格納容器内の冷却水の温度            原子炉格納容器内の冷却水の流量            原子炉格納容器内の冷却水の圧力            原子炉格納容器内の冷却水の液位            原子炉格納容器内の冷却水のPH            原子炉格納容器内の冷却水の電導度            原子炉格納容器内の冷却水の硬度            原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度            原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度            原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度         </td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の温度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の温度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の温度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の温度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の温度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の温度</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の流量</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の流量</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の流量</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の流量</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の流量</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の流量</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の流量</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の圧力</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の圧力</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の圧力</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の圧力</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の圧力</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の圧力</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の圧力</td> </tr> <tr> <td>2</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の液位</td> <td>2</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の液位</td> <td>2</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の液位</td> <td>2</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の液位</td> <td>2</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の液位</td> <td>2</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の液位</td> <td>2</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の液位</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水のPH</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水のPH</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水のPH</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水のPH</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水のPH</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水のPH</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水のPH</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の電導度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の電導度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の電導度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の電導度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の電導度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の電導度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の電導度</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の硬度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の硬度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の硬度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の硬度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の硬度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の硬度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の硬度</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度</td> </tr> <tr> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項		原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項		計器数	計器名称	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	計器数	監視項目	計器数	監視項目	監視項目 (1) 原子炉格納容器内の冷却水の温度 (2) 原子炉格納容器内の冷却水の流量 (3) 原子炉格納容器内の冷却水の圧力 (4) 原子炉格納容器内の冷却水の液位 (5) 原子炉格納容器内の冷却水のPH (6) 原子炉格納容器内の冷却水の電導度 (7) 原子炉格納容器内の冷却水の硬度 (8) 原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度 (9) 原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度 (10) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度 (11) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	原子炉格納容器内の冷却水の温度 原子炉格納容器内の冷却水の流量 原子炉格納容器内の冷却水の圧力 原子炉格納容器内の冷却水の液位 原子炉格納容器内の冷却水のPH 原子炉格納容器内の冷却水の電導度 原子炉格納容器内の冷却水の硬度 原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度 原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	<p>・設備の相違  <b>【柏崎 6/7, 東海第二】</b>      技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
項目	分類	計器名称				原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項		原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項								計器数	計器名称	監視項目	監視項目			監視項目	監視項目																																																																																																																																									
			計器数	監視項目	計器数	監視項目																																																																																																																																																										
監視項目 (1) 原子炉格納容器内の冷却水の温度 (2) 原子炉格納容器内の冷却水の流量 (3) 原子炉格納容器内の冷却水の圧力 (4) 原子炉格納容器内の冷却水の液位 (5) 原子炉格納容器内の冷却水のPH (6) 原子炉格納容器内の冷却水の電導度 (7) 原子炉格納容器内の冷却水の硬度 (8) 原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度 (9) 原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度 (10) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度 (11) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	原子炉格納容器内の冷却水の温度 原子炉格納容器内の冷却水の流量 原子炉格納容器内の冷却水の圧力 原子炉格納容器内の冷却水の液位 原子炉格納容器内の冷却水のPH 原子炉格納容器内の冷却水の電導度 原子炉格納容器内の冷却水の硬度 原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度 原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度																																																																																																																																																			
		1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量																																																																																																																																																	
		1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力																																																																																																																																																	
		2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位	2	原子炉格納容器内の冷却水の液位																																																																																																																																																	
		1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH	1	原子炉格納容器内の冷却水のPH																																																																																																																																																	
		1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度	1	原子炉格納容器内の冷却水の電導度																																																																																																																																																	
		1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	原子炉格納容器内の冷却水の硬度																																																																																																																																																	
		1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度																																																																																																																																																	
		1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度																																																																																																																																																	
		1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度																																																																																																																																																	

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017.12.20版)	東海第二発電所 (2018.9.18版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																																												
		<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p> <p style="text-align: center;"><b>1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</b></p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">対応手段</th> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</th> <th rowspan="2">原子炉出力</th> <th rowspan="2">備考</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>位置</th> <th>検出器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="22">事故時冷却装置 (低線) FPCV圧力制御 FD/W冷却制御 FPCV本線流量制御 AM制御時冷却装置 注) 後日報による換算調整 あり</td> <td rowspan="22">原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 図1</td> <td rowspan="22">原子炉出力格納容器の本底</td> <td>原子炉出力</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td rowspan="22">原子炉出力格納容器の本底 監視は主として メータにて観測 される。</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>3</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>4</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>5</td> <td>5</td> <td>5</td> <td>5</td> <td>5</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>8</td> <td>8</td> <td>8</td> <td>8</td> <td>8</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>9</td> <td>9</td> <td>9</td> <td>9</td> <td>9</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>10</td> <td>10</td> <td>10</td> <td>10</td> <td>10</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>11</td> <td>11</td> <td>11</td> <td>11</td> <td>11</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>12</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>13</td> <td>13</td> <td>13</td> <td>13</td> <td>13</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>14</td> <td>14</td> <td>14</td> <td>14</td> <td>14</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>15</td> <td>15</td> <td>15</td> <td>15</td> <td>15</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>16</td> <td>16</td> <td>16</td> <td>16</td> <td>16</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>17</td> <td>17</td> <td>17</td> <td>17</td> <td>17</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>18</td> <td>18</td> <td>18</td> <td>18</td> <td>18</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>19</td> <td>19</td> <td>19</td> <td>19</td> <td>19</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>20</td> <td>20</td> <td>20</td> <td>20</td> <td>20</td> </tr> <tr> <td>原子炉出力</td> <td>21</td> <td>21</td> <td>21</td> <td>21</td> <td>21</td> </tr> </tbody> </table>	対応手段	項目	分類	計器名称	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等			原子炉出力	備考	計器数	位置	検出器	事故時冷却装置 (低線) FPCV圧力制御 FD/W冷却制御 FPCV本線流量制御 AM制御時冷却装置 注) 後日報による換算調整 あり	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 図1	原子炉出力格納容器の本底	原子炉出力	1	1	0	0	原子炉出力格納容器の本底 監視は主として メータにて観測 される。	原子炉出力	2	2	2	2	原子炉出力	3	3	3	3	3	原子炉出力	4	4	4	4	4	原子炉出力	5	5	5	5	5	原子炉出力	6	6	6	6	6	原子炉出力	7	7	7	7	7	原子炉出力	8	8	8	8	8	原子炉出力	9	9	9	9	9	原子炉出力	10	10	10	10	10	原子炉出力	11	11	11	11	11	原子炉出力	12	12	12	12	12	原子炉出力	13	13	13	13	13	原子炉出力	14	14	14	14	14	原子炉出力	15	15	15	15	15	原子炉出力	16	16	16	16	16	原子炉出力	17	17	17	17	17	原子炉出力	18	18	18	18	18	原子炉出力	19	19	19	19	19	原子炉出力	20	20	20	20	20	原子炉出力	21	21	21	21	21	<ul style="list-style-type: none"> <li>・設備の相違</li> <li>【柏崎6/7, 東海第二】</li> <li>技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</li> </ul>
対応手段	項目	分類					計器名称	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等				原子炉出力	備考																																																																																																																																		
			計器数	位置	検出器																																																																																																																																										
事故時冷却装置 (低線) FPCV圧力制御 FD/W冷却制御 FPCV本線流量制御 AM制御時冷却装置 注) 後日報による換算調整 あり	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 図1	原子炉出力格納容器の本底	原子炉出力	1	1	0	0	原子炉出力格納容器の本底 監視は主として メータにて観測 される。																																																																																																																																							
			原子炉出力	2	2	2	2																																																																																																																																								
			原子炉出力	3	3	3	3		3																																																																																																																																						
			原子炉出力	4	4	4	4		4																																																																																																																																						
			原子炉出力	5	5	5	5		5																																																																																																																																						
			原子炉出力	6	6	6	6		6																																																																																																																																						
			原子炉出力	7	7	7	7		7																																																																																																																																						
			原子炉出力	8	8	8	8		8																																																																																																																																						
			原子炉出力	9	9	9	9		9																																																																																																																																						
			原子炉出力	10	10	10	10		10																																																																																																																																						
			原子炉出力	11	11	11	11		11																																																																																																																																						
			原子炉出力	12	12	12	12		12																																																																																																																																						
			原子炉出力	13	13	13	13		13																																																																																																																																						
			原子炉出力	14	14	14	14		14																																																																																																																																						
			原子炉出力	15	15	15	15		15																																																																																																																																						
			原子炉出力	16	16	16	16		16																																																																																																																																						
			原子炉出力	17	17	17	17		17																																																																																																																																						
			原子炉出力	18	18	18	18		18																																																																																																																																						
			原子炉出力	19	19	19	19		19																																																																																																																																						
			原子炉出力	20	20	20	20		20																																																																																																																																						
			原子炉出力	21	21	21	21		21																																																																																																																																						

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等			計器数	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等			計器名称	監視項目	評価						
			分類	計器数	直後		負荷切り直し後	パワーマータ分類	種別パワーマータ分類理由			計器名称	監視項目	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SIB
冷却水循環装置 (監視) 「D/W圧力制御」 「D/W流量制御」 「PCV水素濃度監視」 「PCV水素濃度制御」 「ANP熱出力監視」 「TRTRによる格納容器熱」	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力 (SA)	2	2	2	2	①	—	サブプレッション・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を制御することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマータにて確認				
		ドライウェル温度 (SA)	2	2	2	2	①	—	ドライウェル温度 (SA)	2	2	2	監視事項は主要パワーマータにて確認	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を制御することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマータにて確認			
		サブプレッション・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	2	①	—	サブプレッション・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を制御することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマータにて確認				
		サブプレッション・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	2	①	—	サブプレッション・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を制御することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマータにて確認				
格納容器 (2 / 5)	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	7	①	—	ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	成膜時に原子炉格納容器内の温度を制御することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマータにて確認				
		サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	2	①	—	サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の温度を制御することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマータにて確認				
		サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	2	①	—	サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の温度を制御することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマータにて確認				
		サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	2	①	—	サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の温度を制御することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマータにて確認				

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	内容	詳細名称	島根原子力発電所 2号炉			東海第二発電所			柏崎刈羽原子力発電所			
			台数	設置	稼働	台数	設置	稼働	台数	設置	稼働	
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (注) 1. AMI監視機器の稼働状況 2. AMI監視機器の稼働状況 3. AMI監視機器の稼働状況 4. AMI監視機器の稼働状況 5. AMI監視機器の稼働状況	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1

注: 監視事項は主要な監視事項にて記載

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																													
		<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p> <p style="text-align: center;">1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分組</th> <th colspan="3">①重要監視パラメータ</th> <th colspan="3">②有効監視パラメータ</th> <th colspan="3">③補助パラメータ</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>直後</th> <th>軌道切り直し後</th> <th>計器数</th> <th>直後</th> <th>軌道切り直し後</th> <th>計器数</th> <th>直後</th> <th>軌道切り直し後</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4">           対応手段            緊急時対応要領書(図表)            ベース            「F/CV圧力制御」            「D/W温度制御」            「F/CV本装置要領書」            「AN」(炉内温度)要領書            「W」(水位)による監視要領書         </td> <td rowspan="4">電源</td> <td>C-メータタフ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>D-メータタフ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>C-ロードセントラ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>D-ロードセントラ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> </tbody> </table> <p style="font-size: small;">           ①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ            項目、分組、計器数、直後、軌道切り直し後、計器数、直後、軌道切り直し後、計器数、直後、軌道切り直し後         </p>	項目	分組	①重要監視パラメータ			②有効監視パラメータ			③補助パラメータ			計器数	直後	軌道切り直し後	計器数	直後	軌道切り直し後	計器数	直後	軌道切り直し後	対応手段 緊急時対応要領書(図表) ベース 「F/CV圧力制御」 「D/W温度制御」 「F/CV本装置要領書」 「AN」(炉内温度)要領書 「W」(水位)による監視要領書	電源	C-メータタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	D-メータタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	C-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	D-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎6/7, 東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
項目	分組	①重要監視パラメータ			②有効監視パラメータ			③補助パラメータ																																																								
		計器数	直後	軌道切り直し後	計器数	直後	軌道切り直し後	計器数	直後	軌道切り直し後																																																						
対応手段 緊急時対応要領書(図表) ベース 「F/CV圧力制御」 「D/W温度制御」 「F/CV本装置要領書」 「AN」(炉内温度)要領書 「W」(水位)による監視要領書	電源	C-メータタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1																																																						
		D-メータタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1																																																					
		C-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1																																																					
		D-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1																																																					

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

東海第二発電所 (2018.9.18版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目

①重要監視パラメータ、②有状態監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	注記内容	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等		30分警		30分警		30分警	
		分類	計器名称	計器数	前後	計器数	前後	計器数	前後
原子炉格納容器内温度監視 (SAS, 圧力監視) 圧力監視(重要監視) 圧力監視(重要監視) 圧力監視(重要監視) 圧力監視(重要監視) 圧力監視(重要監視)	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	原子炉格納容器内の冷却水の温度監視	2	2	2	2	2	2

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	分類	詳細名称	抽出パナメータを制御する計器			抽出パナメータ 分類理由	計器名称	500計器			評価		
				計器数	感度	負荷切り離し機			計器数	感度	負荷切り離し機			
1.6.1 緊急時操作要領書 (00066 ページA) (注)参照 (D/W温度制御) (S/C水位制御) (P/CV水位監視制御) AMM監視用操作要領書 (注) (注)参照による制御用要領 書)	2 2	監視監視器 (A系, B系のみ)	格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1
			格納容器内冷却ポンプ出口圧力	2	2	2	①	抽出パナメータ	1	1	1	1	1	1

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を失った場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を失った場合	
反応手段 異常時運転操作手順書 (機敏-ス)等 M設備別操作手順書 手順(0)によるSP除 熱(0)によるSP除 熱(0)によるSP除 熱	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度	3	3	①	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納 容器内水位	2	2	①	原子炉格納冷 却水の温度 (A,B系のみ)	3	3	2	除熱水の温度変化により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
操作	最終シ ェット	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A,B系のみ)	2	2	①	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A,B系のみ)	2	2	1	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニ ットの熱交換量計値より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
	残留熱 除去系熱交換器入口温 度(A,B系のみ)	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A,B系のみ)	2	2	①	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A,B系のみ)	2	2	1	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニ ットの熱交換量計値より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
操作	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納冷 却水の温度 (A,B系のみ)	2	2	③	原子炉格納冷 却水の温度 (A,B系のみ)	2	2	1	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニ ットの熱交換量計値より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納冷 却水の温度 (A,B系のみ)	2	2	③	原子炉格納冷 却水の温度 (A,B系のみ)	2	2	1	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニ ットの熱交換量計値より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を失った場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を失った場合	
非常時手順書 II (機敏-ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
非常時手順書 II (機敏-ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有価監視パラメータ、③：補助パラメータ

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を失った場合	抽出パラメータ の代替パラメータ	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を失った場合	評価
非常時手順書 II (機敏-ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 温度	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能
		原子炉格納 容器内の 温度	2	2	①	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	1	直接的に原子炉格納容器内の温度 を計測することができ、監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (1)フロンティアシステムによる定期的な対応	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	監視事項は主要なパラメータにて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (2)フロンティアシステムによるPCVスプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	監視事項は主要なパラメータにて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (3)フロンティアシステムによるPCVスプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	監視事項は主要なパラメータにて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (4)フロンティアシステムによるPCVスプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	監視事項は主要なパラメータにて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (5)フロンティアシステムによるPCVスプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	2	原子炉格納容器内の冷却水の温度 (S/C)	監視事項は主要なパラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類	
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	1	原子炉水位 (S/A)	①	原子炉水位 (S/A)	2	原子炉水位 (S/A)	監視事項は主要なパラメータにて確認



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価			
			計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直達電源 を延命した場合	区分Ⅱ直達電源 を延命した場合			計器数	SBO影響 直後		区分Ⅰ直達電源 を延命した場合	区分Ⅱ直達電源 を延命した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	電源	M.C.C電圧 M.C.D電圧 P.C.C-1電圧 P.C.D-1電圧 直流125V主母線保安電圧 直流125V主母線保安電圧	1	1	1	③	非正常W/Cの受電状態を 検出するパラメータ	計器数	1	1	1	計測故障等	SBO	
			1	1	1	③	構造するパラメータ	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	③	非正常P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	③	直達電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	2	2	0	0	0		0
			1	1	1	③	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	③	復水補給水系統流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	③	復水補給水系統流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	③	原子炉内即時冷却系統流量	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	③	高圧心注水系統流量	2	2	0	0	0		0
			1	1	1	③	原子炉水位(広領域)	3	3	1	1	1		1
1	1	1	③	復水補給水系統流量(格納容器下 部注水流量)	1	1	1	1	1	1				
1	1	1	③	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	1	1	1				
1	1	1	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1				
1	1	1	③	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	3	3	3				

監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価		
		計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後		負荷切り離し後	
非常時手順書 II (除酸ペー ス) [PCV/E力 制御]等 AM設備別操 作手順書 (3/15)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			8	8	8	8	8	8	8	8	8	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価		
		計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後		負荷切り離し後	
非常時手順書 II (除酸ペー ス) [PCV/E力 制御]等 AM設備別操 作手順書 (3/15)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			8	8	8	8	8	8	8	8	8	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	直後				直後	直後			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MOCによるPCVスプレッド] [MOCによるPCVスプレッド]	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			ドライウエル雰囲気温度	2	2	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	2		飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気 温度により代替監視可能
			格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能
			サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			ドライウエル雰囲気温度	1	1	ドライウエル雰囲気温度	1	1	1	1		飽和温度/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバの温度により代替監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
		直後	直後				直後	直後				
非常時運転 ① (標準ベ ー) [PCV圧力 制御]等 AM設備別 操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			ドライウエル雰囲気温度	2	2	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	2		飽和温度/圧力の関係から、ド ライウエル雰囲気温度により代 替監視可能
			サブプレッ ション・チェ ンバの温度	1	1	サブプレッ ション・チェ ンバの温度	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能
			格納容器内 圧力(S/C)	1	1	格納容器内 圧力(S/C)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			ドライウエル雰囲気温度	1	1	ドライウエル雰囲気温度	1	1	1	1		飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバの温度 により代替監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッ ション・チェ ンバの温度	1	1	サブプレッ ション・チェ ンバの温度	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			格納容器内 圧力(S/C)	1	1	格納容器内 圧力(S/C)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	直後				直後	直後			
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MOCによるPCVスプレッド] [MOCによるPCVスプレッド]	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	サブプレッ ション・チェ ンバの温度 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			ドライウエル雰囲気温度	1	1	ドライウエル雰囲気温度 (SA)	1	1	1	1		飽和温度/圧力の関係から、ド ライウエル雰囲気温度により代 替監視可能
			サブプレッ ション・チェ ンバの温度	1	1	サブプレッ ション・チェ ンバの温度 (SA)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能
			格納容器内 圧力(S/C)	1	1	格納容器内 圧力(S/C)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	2	2	サブプレッ ション・チェ ンバの温度 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			ドライウエル雰囲気温度	1	1	ドライウエル雰囲気温度 (SA)	1	1	1	1		飽和温度/圧力の関係から、ド ライウエル雰囲気温度により代 替監視可能
操作 ① / ②	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッ ション・チェ ンバの温度	1	1	サブプレッ ション・チェ ンバの温度 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			格納容器内 圧力(S/C)	1	1	格納容器内 圧力(S/C)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧 力を計測すること が、でき、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後			負荷切り離し後
事故時運転操作手順書 (シニアアシスタント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備操作手順書 [MRCによるPCVスワ レイ]	原子炉格 納容器へ の注水	サプレッション・チェンバ ーレベル水位	1	1	①	1	1	1	1	1	1	復水補給水流量(RR-B系代 替注水流量)	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
			1	1	0	0	1	1	1	1	1	1		復水補給水流量(RR-B系代 替注水流量)
操作 (2 / 2)	機械監視 機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧 力	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			3	3	③	3	3	3	3	3	3	3	3	
水漏れの確 保	水漏れの確 保	[復水貯蔵タンク水位] [復水貯蔵タンク水位] (SA)	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			1	1	0	0	1	1	1	1	1	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後		
非常時手順書 II (微減ベ ース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	水漏れの確 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	2	0	0	—	—	—	—	—
			0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	直後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後		
異常時手順書 (シニアアシスタント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備操作手順書 [MRCによるPCVスワ レイ]	水漏れの確 保	水漏れの確 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	2	0	0	—	—	—	—	—
				0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	





重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SDO影響	計器名称	計器数	直後	SDO影響	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (BPP 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	電源	M/C C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1	
制御系単 2 / 2	電源	PCV C-I電圧	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		PCV D-I電圧	1	1	③	非常用PCVの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	0	
制御系単 2 / 2	電源	直流 1.25V 主母線盤A電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		直流 1.25V 主母線盤B電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	
制御系単 2 / 2	電源	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	1	0	①		1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	①		1	1	1	
		「緊急時対策本部」に確認 う過水タンク水位			③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ	3	3	3	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SDO影響	計器名称	計器数	直後	SDO影響	
非常時手順書 II (復水ポンプ) 「PCV圧力 制御」等 AME設備別 操作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッシャポンプ レベル水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッシャポンプ レベル水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	
原子炉格 納容器内 の注水量	熱源熱除去系系統 の注水量	熱源熱除去系系統 の注水量	1	0	0	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量及び低圧代替注水系格納容 器下部注水流量の注水量より、サブ プレッシャポンプ・プール水位の代替 監視可能
		熱源熱除去系系統 の注水量	1	1	0	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	
水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1	1	
水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1	1	

①:重要監視パラメータ、②:有効監視パラメータ、③:補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SDO影響	計器名称	計器数	直後	SDO影響	
事故時手順書 (シビアアクシデント) (BPP 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	原子炉格納 容器内の注 水量	原子炉格納容器 への注水量	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器 への注水量	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量	1	1	1	
水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1	1	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO 影響			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器数			計器名称	計器数	計器数		
事故時運転操作手順書 (シリアリアクション) [FV 制御] [CV 制御] AM 型燃料温度保護書 (燃料棒位置による PCV スプレッド)	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(DI)	1	1	①	格納容器内圧力(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(DI)	1	1	①	格納容器内圧力(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(DI)	1	1	①	格納容器内圧力(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(DI)	1	1	①	格納容器内圧力(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内注水量(OR B 系代注)	1	1	①	原子炉格納容器内注水量(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内注水量(OR B 系代注)	1	1	①	原子炉格納容器内注水量(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内注水量(OR B 系代注)	1	1	①	原子炉格納容器内注水量(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内注水量(OR B 系代注)	1	1	①	原子炉格納容器内注水量(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内注水量(OR B 系代注)	1	1	①	原子炉格納容器内注水量(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内注水量(OR B 系代注)	1	1	①	原子炉格納容器内注水量(SI)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類			計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数		
I.6.2.1. 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライオン系故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレッド b. 代替格納容器スプレッド冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内へのスプレッド (淡水/海水)	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉水位 (SA 圧縮機)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	原子炉水位 (SA 圧縮機)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉水位 (燃料棒)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1
II. (散飯べり) 判断基準 (1/5) AM 設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉水位 (燃料棒)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類			計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数			
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料棒)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料棒)	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉水位 (燃料棒)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認





重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数				計器名称	計器数				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「閉防扉による送水 (格納容器スプレイ)」 多様なハザード対応手 順 「閉防扉による送水 (格納容器スプレイ)」	電源	M/C C電圧	1	③	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		M/C D電圧	1	③	③	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		P/C C-I電圧	1	③	③	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		P/C D-I電圧	1	③	③	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		直流125V 主母線電圧	1	③	③	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		直流125V 主母線電圧	1	③	③	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		0	0	①	①	①	①	0	0		0	0
		1	1	①	①	①	①	1	1		1	1
		1	1	①	①	①	①	1	1		1	1
		1	1	①	①	①	①	1	1		1	1
【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】												
取水貯水機												
取水貯水機												

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数				計器名称	計器数		
非常時手順書 (事故ベース) 「P/CV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書 (3/2)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	①	①	①	①	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	①	①	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル雰囲気 温度	8	8	①	①	①	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・チ ェンバ雰 囲気温度	サブプレッション・チ ェンバ圧力	2	2	①	①	①	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル圧力	1	1	①	①	①	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数				計器名称	計器数				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「閉防扉による送水 (格納容器スプレイ)」	電源	M/C C電圧	1	③	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		M/C D電圧	1	③	③	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		P/C C-I電圧	1	③	③	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		P/C D-I電圧	1	③	③	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		直流125V 主母線電圧	1	③	③	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		直流125V 主母線電圧	1	③	③	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	③	1		1	
		0	0	①	①	①	①	0	0		0	0
		1	1	①	①	①	①	1	1		1	1
		1	1	①	①	①	①	1	1		1	1
		1	1	①	①	①	①	1	1		1	1
【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】												
取水貯水機												
取水貯水機												

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
本体時運転中手続書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 「PCV制御」 AM設備別機作手順書 「前号車による送水 プレイ」 多様なバザー・ド対応手 「前号車による送水 (格納容器スプレイ)」	格納容器内圧力(S/O)	格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	-	1	1	自動的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 温度	原子炉格納 容器内の 温度	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 圧力	原子炉格納 容器内の 圧力	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 温度	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	-	3	3	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 圧力	原子炉格納 容器内の 圧力	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 温度	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	-	3	3	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 圧力	原子炉格納 容器内の 圧力	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 温度	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	-	3	3	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 圧力	原子炉格納 容器内の 圧力	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 温度	原子炉格納 容器内の 温度	2	2	②	-	3	3	原子炉格納容器内の圧力から、サブプレッショ ン・チェンバール温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
異常時手順書 II (機操-ス 「PCV圧力 制御」等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
異常時手順書 (シビアアク シデント) 「格納-1」 「格納-2」 AM設備別機作 手順書 「CWVによる格納容 器スプレイ」	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納 容器内の 水位	1	1	①	-	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目/分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補償パラメータ 分類理由	計器名称	SBO 影響				評価			
			計器数	事後	SBO 影響	計器数			事後	区別1直前直電 を発生した動作	計器数	SBO 影響		事後	計器数	事後
			計器数	事後	区別1直前直電 を発生した動作	計器数			事後	区別1直前直電 を発生した動作	計器数	事後				
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等	(1) フォントライティング装置の停止 (2) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止 (3) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	2	1	0	①	(ヒータ) 冷却水循環ポンプ	2	0	0	0	0	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である			
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等	(1) フォントライティング装置の停止 (2) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止 (3) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	2	1	0	①	(ヒータ) 冷却水循環ポンプ	2	0	0	0	0	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である			
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等	(1) フォントライティング装置の停止 (2) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止 (3) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	2	2	2	②	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	1	1	1	1	1	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である			
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等	(1) フォントライティング装置の停止 (2) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止 (3) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	1	1	1	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である			
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等	(1) フォントライティング装置の停止 (2) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止 (3) 原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	1	1	1	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補償パラメータ 分類理由	計器名称	SBO 影響				評価
			計器数	事後	SBO 影響	計器数			事後	計器数	事後		
非常時手順書 Ⅱ (備忘一) (P-CV) 圧力 制御等 AM 設備別 操作手順書	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	西側冷却水貯水設備水位	1	1	1	①	西側冷却水貯水設備水位	1	1	1	1	1	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			1	1	1	①	西側冷却水貯水設備水位	2	2	2	2	2	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			1	1	1	①	西側冷却水貯水設備水位	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			1	1	1	①	西側冷却水貯水設備水位	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補償パラメータ 分類理由	計器名称	SBO 影響				評価
			計器数	事後	SBO 影響	計器数			事後	計器数	事後		
			計器数	事後	計器数	事後							
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	2	2	1	①	(ヒータ) 冷却水循環ポンプ	2	0	0	0	0	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	②	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	1	1	1	1	1	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である
			2	2	2	③	原子炉格納容器内の冷却水の循環ポンプの停止	3	3	3	3	3	監視事項は主電源が 正常動作している場合に 発生した動作に係る監視 事項である

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後						
専任時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 初期] AM 設備別操作手順書 [RW クーラ代替除熱 (RW-A系)] [RW クーラ代替除熱 (RW-B系)]	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	①	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	-	①	1	1	1	ドライウエル雰囲気温度 [格納容器内圧力(D/W)]	2	2	監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	-	①	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	2	2	-	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 雰囲気温度	1	1	-	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 雰囲気温度	3	3	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ 雰囲気温度により代替監視可 能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	-	①	2	2	2	原子炉格納容器内の温度	3	3	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ 雰囲気温度により代替監視可 能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	-	①	2	2	2	原子炉格納容器内の温度	3	3	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ 雰囲気温度により代替監視可 能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後						
非常時手順書 II (微欠ベ ス) [PCV圧力 制御]等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	1	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 雰囲気温度	2	2	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ 雰囲気温度により代替監視可 能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			ドライウエル圧力	8	8	①	8	8	8	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 雰囲気温度	3	3	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ 雰囲気温度により代替監視可 能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			ドライウエル圧力	8	8	①	8	8	8	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後						
非常時手順書 (シビア アクシデント) [第1-1] [第2-1] AM設備別操 作手順書 [前記A系による格納容器 内圧力]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	サブプレッション・チェンバ温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ 圧力 (SA) により代替監視可 能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			ベータスタル温度 (SA)	2	2	-	2	2	2	ベータスタル温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル温度 (SA)	7	7	①	7	7	7	ドライウエル温度 (SA)	2	2	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ 圧力 (SA) により代替監視可 能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ 圧力 (SA) により代替監視可 能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	①	1	1	1	原子炉格納容器内の温度	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			ベータスタル温度 (SA)	2	2	-	2	2	2	ベータスタル温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	-	2	2	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			ベータスタル温度 (SA)	2	2	-	2	2	2	ベータスタル温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	-	2	2	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			ベータスタル温度 (SA)	2	2	-	2	2	2	ベータスタル温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			直後	直後			
1.6.2. 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 種別	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	格納容器内放射線レベル(0/W)	2	1	0	①	—	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 エリア放射線モニタにて確認
			2	1	0	①	—	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 エリア放射線モニタにて確認
1.6.2. 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 種別	原子炉圧力容器内の放射線レベル(0/W)	原子炉圧力容器内の放射線レベル(0/W)	2	2	2	①	—	3	3	1	原子炉圧力容器内の放射線レベル(0/W)の監視 原子炉圧力容器内の放射線レベル(0/W)の監視 原子炉圧力容器内の放射線レベル(0/W)の監視 原子炉圧力容器内の放射線レベル(0/W)の監視
			2	2	2	①	—	3	3	1	1
1.6.2. 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 種別	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	1	1	1	①	—	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)の監視 原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)の監視 原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)の監視
			1	1	1	①	—	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	SBO影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	直後								直後	負荷切り履し後				
非常時手順書 II (破砕ペー 「PCV」圧力 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	1	—	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	1	1	—	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時手順書 II (破砕ペー 「PCV」圧力 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	1	1	—	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	1	1	1	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	SBO影響	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
													計器数	直後			直後
非常時手順書 II (破砕ペー 「PCV」圧力 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	1	1	①	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
非常時手順書 II (破砕ペー 「PCV」圧力 制御)等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W)	1	1	①	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器名称	計器数		計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [RER(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	格納容器内圧力(D/W)は 又格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能 サブプレッション・チェンバ ー・プール水温の上昇 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C)は 飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 [サブプレッション・チェンバ ー温度] 監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ー温度(常用計器)により代 替監視可能 復水補給水系統流量(RER B系)は格納容器内圧力(S/C) と格納容器内圧力(D/W)と 格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 監視項目は主要ハ ラメータにて確認
		原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	①	格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1
判断 基準 ② / ②	補機監視 (B系のみ) 残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ) M/C D電圧 M/C D電圧 PCVC-1電圧 PCVC-1電圧 直流125V 主母線電圧A電圧 直流125V 主母線電圧B電圧	原子炉補機冷却水系統流量	1	0	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	監視項目は主要ハ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ)	1	0	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	監視項目は主要ハ ラメータにて確認
電源		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
		PCVC-1電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
		直流125V 主母線電圧A電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	
		直流125V 主母線電圧B電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器名称	計器数		計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [RER(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	格納容器内圧力(D/W)は 又格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能 サブプレッション・チェンバ ー・プール水温の上昇 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C)は 飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 [サブプレッション・チェンバ ー温度] 監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ー温度(常用計器)により代 替監視可能 復水補給水系統流量(RER B系)は格納容器内圧力(S/C) と格納容器内圧力(D/W)と 格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 監視項目は主要ハ ラメータにて確認
		原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	①	格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1
判断 基準 ② / ②	補機監視 (B系のみ) 残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ) M/C D電圧 M/C D電圧 PCVC-1電圧 PCVC-1電圧 直流125V 主母線電圧A電圧 直流125V 主母線電圧B電圧	原子炉補機冷却水系統流量	1	0	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	監視項目は主要ハ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ)	1	0	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	監視項目は主要ハ ラメータにて確認
電源		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
		PCVC-1電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
		直流125V 主母線電圧A電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	
		直流125V 主母線電圧B電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器名称	計器数		計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビア アクシデント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [用水系による格納容器ス プレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	格納容器内圧力(D/W)は 又格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能 サブプレッション・チェンバ ー・プール水温の上昇 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C)は 飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 [サブプレッション・チェンバ ー温度] 監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ー温度(常用計器)により代 替監視可能 復水補給水系統流量(RER B系)は格納容器内圧力(S/C) と格納容器内圧力(D/W)と 格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C)の差 により代替監視可能 監視項目は主要ハ ラメータにて確認
		原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	①	格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1
判断 基準 ② / ②	補機監視 (B系のみ) 残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ) M/C D電圧 M/C D電圧 PCVC-1電圧 PCVC-1電圧 直流125V 主母線電圧A電圧 直流125V 主母線電圧B電圧	原子炉補機冷却水系統流量	1	0	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	監視項目は主要ハ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ)	1	0	①	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ー水位	1	1	監視項目は主要ハ ラメータにて確認
電源		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
		PCVC-1電圧	1	1	③	非常用PCの受電状態を 検出するパラメータ	1	1	
		直流125V 主母線電圧A電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	
		直流125V 主母線電圧B電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違













重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	
対応手段 緊急時運転手順書 (操検ベ-3) [PCI圧力制御]等	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
		原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
		原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	
対応手段 非緊急時運転手順書 II (操検ベ-3) [PCV/E力制御]等 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
		原子炉格納容器内圧力	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
		原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	
対応手段 1.6.2.2 原子炉格納容器の冷却を目的とするための対応手順 (操検ベ-3) (a) 格納容器内圧力監視 (b) ドライウエル雰囲気監視 緊急時運転手順書 (操検ベ-3) AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書 THVDによる格納容器内圧力監視	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
		原子炉格納容器内圧力	1	1	原子炉格納容器内圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]
		原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)と格納容器内圧力(S/C)の差 を監視することにより代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
			計器数	計器名称	計器数	計器名称				
1.6.3 重大事故等対処(冷却)による対応手順 事故時運転転手手順(冷却ベース) 【冷却ベース】 (S/F運転期間)等	原子炉格納容器内の冷却等の温度	①	2	2	2	2	①	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生	
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			3	3	3	3	3	3	3	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			3	3	3	3	3	3	3	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
			計器数	計器名称	計器数	計器名称			
非常時運転手 手順II(冷却 ベース) 【FCV圧力 制御】等 AM設備別機 作手順書 操作 (2/2)	原子炉格納容器への注水量 補償監視 出力	②	2	0	0	-	-	計器故障等	
			2	0	0	-	-	-	-
			1	1	1	①	-	-	-
			1	1	1	1	1	1	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価					
					計器数	計器名称	計器数	計器名称						
事故時運転転手手順(冷却ベース) 【冷却ベース】 (S/F運転期間)等 AM設備別機作手順書 操作(2/2)	原子炉格納容器内の圧力	①	2	2	2	2	2	2	2	①	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生		
			7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(WS) 又は格納容器内圧力(WS)の上昇により代替監視 アラーム発生

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器数	評価
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		
事故時運転操作手順書 (訓練ベース) [S/P 直後動機] 等	原子炉格納容器内の温度 監視	原子炉格納容器内 の温度	サブプレッション・チェンバ の温度	3	3	①	①	1	1	サブプレッション・チェンバの温度変化は監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器数	評価
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		
事故時運転操作手順書 (訓練ベース) [S/P 直後動機] 等	原子炉格納容器内の温度 監視	原子炉格納容器内 の温度	サブプレッション・チェンバ の温度	3	3	①	①	2	2	サブプレッション・チェンバの温度変化は監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器数	評価
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		
事故時運転操作手順書 (訓練ベース) [S/P 直後動機] 等	原子炉格納容器内の温度 監視	原子炉格納容器内 の温度	サブプレッション・チェンバ の温度	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ 、監視可能
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	7	7	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器内 の温度	2	2	①	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器数	計器動作	補助パラメータ 分類理由	計器監視等			SBO
			計器数	直後	SBO時	計器数	直後	SBO時							
1.2.2 原子炉格納容器の液面を低下させるための対応手順 (「除熱-1」) a. 項目 (a) 残留熱除去系電源復旧後の格納容器内へのスプレイ	原子炉格納容器内の液面監視	格納容器型即吸気検出モニタ(下ライクセル)	2	2	1	①	1	0	0	[エリア放射線モニタ]	18	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器型即吸気検出モニタ(アップラッシュジョイント・フェンバ)	2	2	1	①	1	0	0	[エリア放射線モニタ]	18	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
AM(保形監視装置) (「RTR」による格納容器監視)	原子炉圧力降下 格納容器型即吸気検出モニタ(S/A)	原子炉圧力降下						2	2	原子炉圧力	2	2	1	原子炉格納容器内が格納容器にあると想定し、原子炉圧力降下/圧力の監視から原子炉圧力より代替監視可能	
		原子炉圧力降下 格納容器型即吸気検出モニタ(S/A)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	1	1	原子炉格納容器内が格納容器にあると想定し、原子炉圧力降下/圧力の監視から原子炉圧力より代替監視可能	
1.2.2 原子炉格納容器の液面を低下させるための対応手順 (「除熱-2」) b. 項目 (b) 残留熱除去系電源復旧後の格納容器内へのスプレイ	原子炉格納容器内の液面監視	原子炉格納容器内の液面監視						1	1	原子炉格納容器内の液面監視	1	1	1	原子炉格納容器内の液面監視	
		原子炉格納容器内の液面監視						1	1	原子炉格納容器内の液面監視	1	1	1	原子炉格納容器内の液面監視	
1.2.2 原子炉格納容器の液面を低下させるための対応手順 (「除熱-2」) b. 項目 (b) 残留熱除去系電源復旧後の格納容器内へのスプレイ	原子炉格納容器内の液面監視	原子炉格納容器内の液面監視						1	1	原子炉格納容器内の液面監視	1	1	1	原子炉格納容器内の液面監視	
		原子炉格納容器内の液面監視						1	1	原子炉格納容器内の液面監視	1	1	1	原子炉格納容器内の液面監視	
1.2.2 原子炉格納容器の液面を低下させるための対応手順 (「除熱-2」) b. 項目 (b) 残留熱除去系電源復旧後の格納容器内へのスプレイ	原子炉格納容器内の液面監視	原子炉格納容器内の液面監視						2	2	原子炉格納容器内の液面監視	2	2	2	原子炉格納容器内の液面監視	
		原子炉格納容器内の液面監視						2	2	原子炉格納容器内の液面監視	2	2	2	原子炉格納容器内の液面監視	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対比手段	監視項目	抽出パラメータを監視する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器種類等	評価			
			計器数	計器名称	直読	計器数	計器名称	直読							
事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (図表-21) ANP時監視要領書 (NPPによる格納容器冷却) (図表-21)	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力 (SA)	2	ドライウェル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	計器種類等	SRD
		ドライウェル温度 (SA)	2	ドライウェル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	間接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		ベガスタル温度 (SA)	2	ベガスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	間接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		ベガスタル圧力 (SA)	2	ベガスタル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	間接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
監視要領書 (2 / 4)		ドライウェル温度 (SA)	7	ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	計器種類等	SRD
		サブプレシジョン・チェンバ温度 (SA)	2	サブプレシジョン・チェンバ温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	計器種類等	SRD

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等		計器位置	計器種類	監視項目		計器仕様	計器位置	計器種類	監視項目		
			異常検出	異常検出			異常検出	異常検出						
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (1) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (2) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (3) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (4) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (5) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (6) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (7) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (8) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (9) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (10) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (11) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (12) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出
	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出	異常検出

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	区分	計器名称	抽出バロメータを計器とする計器			抽出バロメータの代替バロメータを計器とする計器			計器	
			計器数	産後	負荷切り直し後	計器数	産後	負荷切り直し後		
対応手段 緊急時操作要領書 (シビア アクシデント) (1) 節 2-1 (2) 節 2-2 AM 設備取組書 (1) 目録による格納容器除 熱)	原子炉格納 容器内の冷却 水循環	原子炉格納容器内圧力	2	0	0	0	0	0	300	
		原子炉格納容器内圧力 センサー	2	0	0	0	0	0	300	
		C-メタスタ同軸電圧	1	1	1	1	1	1	—	—
		D-メタスタ同軸電圧	1	1	1	1	1	1	—	—
		C-ロードセンタ同軸電圧	1	1	1	1	1	1	—	—
		D-ロードセンタ同軸電圧	1	1	1	1	1	1	—	—
		サブプレッシャー・チャンネル 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2
		サブプレッシャー・チャンネル 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2
		サブプレッシャー・チャンネル 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2
		サブプレッシャー・チャンネル 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	計器名称	補助パラメータ 分類理由			計器数	抽出パラメータを計測する計器			計器数	計器設備等	SBO	
				分類	計器数	直後			負荷印可視化後	パワームック 分類	補助パラメータ 分類理由		計器名称	計器数	直後				負荷印可視化後
対応手段 事故時操作要領書（シビア 「除熱-1」 「除熱-2」 ANM段階別要領書 「R1」目録による格納容器冷却 例）	原子炉格納容 器内の温度	トライウム温度 (SA)	7	7	7	①	トライウム圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて確認	
		サプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	①	サプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて確認
操 作 (2 / 3)	原子炉格納容 器への注水量 (A系、B系のみ)	格納容器出口流量 (A系、B系のみ)	2	0	0	①	原子炉格納容器出口流量 (A系、B系のみ)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて確認
		格納容器出口圧力 (A系、B系のみ)	2	2	2	①	原子炉格納容器出口圧力 (A系、B系のみ)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	格納容器内の冷却等のための手順等		格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器内の冷却等のための手順等		格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器内の冷却等のための手順等
			計器数	格納容器内の冷却等のための手順等			格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器内の冷却等のための手順等		
対応子機 監視対象機器 (シビアアクシデント) (設備-1) (設備-2) ANI設置型監視装置 (設備-3) ANI設置型監視装置 (設備-4)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (設備-1)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	3	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	3	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	2	2	2	2	2	2	2	2

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器数	直後	計器数	直後			計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 手順II(復旧 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	水素の確 保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	—	—	—	—	—
		緊急用海水系流量 最終ヒー トシンク の確保	1	1	1	—	—	—	—	—
制 止 手 順 書 2 / 2	水素の確 保	高圧代替注水系統流量	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1	サブプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッション・ア ール水位の代替監視可能
		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	残留熱除去系系統流量	3	0	0	
		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	
		代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器数	直後	計器数	直後			計器数	直後	
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.3 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.4 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.5 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.7 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.8 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.9 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.10 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.11 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.12 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.13 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.14 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.15 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.16 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.17 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.18 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.19 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.20 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.21 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.22 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.23 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.24 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.25 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.26 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.27 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.28 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.29 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.30 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.31 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.32 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.33 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.34 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.35 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.36 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.37 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.38 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.39 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.40 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.41 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.42 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.43 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.44 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.45 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.46 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.47 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.48 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.49 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.50 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.51 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.52 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.53 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.54 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.55 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.56 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.57 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.58 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.59 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.60 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.61 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.62 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.63 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.64 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.65 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.66 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.67 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.68 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.69 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.70 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.71 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.72 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.73 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.74 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.75 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.76 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.77 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.78 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.79 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.80 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.81 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.82 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.83 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.84 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.85 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.86 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.87 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.88 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.89 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.90 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.91 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.92 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.93 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.94 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.95 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.96 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.97 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.98 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.99 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 1.6.2.100 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	2	2	2	2	—	—	—	—	—	
	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1
残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	監視事項は主要な パラメータにて 確認
低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	監視事項は主要な パラメータにて 確認
常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	
代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	パラメータ 分類	計器数 直後	負荷切り離し後 計器数	計器名称	パラメータ 分類	計器数 直後	負荷切り離し後 計器数	計器故障等	SBO	備考
異常時運転要領書(シビアアクシデント)対策(1)「冷却-1」(冷却-2)AMR設備の動作要領書(RIKによる格納容器冷却)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温	①	3	3	サブプレッション・プール水温	①	2	2	サブプレッション・プール水温の代監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	①	2	0	原子炉格納容器入口温度	①	4	4	4	抽出前の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	①	2	0	原子炉格納容器出口温度	①	3	3	3	抽出後の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	①	2	0	原子炉格納容器入口温度	①	2	0	0	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	①	2	0	原子炉格納容器出口温度	①	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	①	2	0	原子炉格納容器入口温度	①	1	1	1	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	①	2	0	原子炉格納容器出口温度	①	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	①	2	0	原子炉格納容器入口温度	①	1	1	1	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	①	2	0	原子炉格納容器出口温度	①	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	①	2	0	原子炉格納容器入口温度	①	1	1	1	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器出口温度		①	2	0	原子炉格納容器出口温度	①	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
			計器数 直後	負荷切り離し後 計器数	計器名称	計器数 直後	負荷切り離し後 計器数	計器故障等	SBO		
										抽出理由	抽出理由
異常時運転要領書(シビアアクシデント)対策(1)「冷却-1」(冷却-2)AMR設備の動作要領書(RIKによる格納容器冷却)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	原子炉格納容器入口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	2	0	原子炉格納容器出口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	原子炉格納容器入口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	2	0	原子炉格納容器出口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	原子炉格納容器入口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	2	0	原子炉格納容器出口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	原子炉格納容器入口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	2	0	原子炉格納容器出口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	原子炉格納容器入口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器入口温度と原子炉格納容器出口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器出口温度	2	0	原子炉格納容器出口温度	②	1	1	1	原子炉格納容器出口温度と原子炉格納容器入口温度の差により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出バロメータを計測する計器				補助バロメータを計測する計器				計器故障等	評価	SBO			
		計器数	計器名称	バロメータの種類	抽出バロメータの種類	計器数	計器名称	バロメータの種類	補助バロメータの種類						
1.6.2.2 原子炉格納容器内冷却等のための対応手順 (1) フロントライン承認時の対応手順 a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内冷却等のための対応手順 (1) フロントライン承認時の対応手順 a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内冷却等のための対応手順 (1) フロントライン承認時の対応手順 a. 代用格納容器スプレッド	格納容器内部放射線モニタ (S/C)	格納容器内部放射線モニタ (D/W)	格納容器内部放射線モニタ (S/C)	格納容器内部放射線モニタ (D/W)	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	格納容器内部放射線モニタレベルを計測することで、原子炉格納容器内冷却等のための対応手順を監視可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認	—
									2	2	2	2	2		
AM作動時 作手順書	AM作動時 作手順書	AM作動時 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	4	4	①	—	原子炉圧力から原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順を監視可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認	—
									2	2	2	2	2		
別冊 第1巻 1/3	別冊 第1巻 1/3	別冊 第1巻 1/3	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	原子炉格納容器内の圧力を監視可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認	—
									8	8	8	8	8		
AM作動時 作手順書	AM作動時 作手順書	AM作動時 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	—	原子炉格納容器内の圧力を監視可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認	—
									2	0	0	—	2		

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出バロメータを計測する計器				補助バロメータを計測する計器				計器故障等	評価	SBO			
		計器数	計器名称	バロメータの種類	抽出バロメータの種類	計器数	計器名称	バロメータの種類	補助バロメータの種類						
事故時操作要領書 (シビア トリップ 1/1) (除熱-1) (除熱-2) AM作動時 作手順書 (RHRによる格納容器除 熱)	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	2	2	2	2	サブプレッション・プール水温度 (SA) の温度変化により代替監視可能。	監視事項は主要バロメータにて確認	—
									2	2	2	2	2		
AM作動時 作手順書 (RHRによる格納容器除 熱)	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	2	2	2	2	サブプレッション・プール水温度 (SA) の温度変化により代替監視可能。	監視事項は主要バロメータにて確認	—
									2	2	2	2	2		
AM作動時 作手順書 (RHRによる格納容器除 熱)	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	2	2	2	2	サブプレッション・プール水温度 (SA) の温度変化により代替監視可能。	監視事項は主要バロメータにて確認	—
									2	2	2	2	2		
AM作動時 作手順書 (RHRによる格納容器除 熱)	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	2	0	0	—	原子炉格納容器内の圧力を監視可能。	監視事項は主要バロメータにて確認	—
									2	0	0	—	2		
AM作動時 作手順書 (RHRによる格納容器除 熱)	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	2	0	0	—	原子炉格納容器内の圧力を監視可能。	監視事項は主要バロメータにて確認	—
									2	0	0	—	2		
AM作動時 作手順書 (RHRによる格納容器除 熱)	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	原子炉格納容器内の圧力 補助監視項目	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	サブプレッション・プール水 温度 (SA)	2	0	0	—	原子炉格納容器内の圧力を監視可能。	監視事項は主要バロメータにて確認	—
									2	0	0	—	2		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ ブ)アクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	①	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力又はサブプレッション・チェ ンバ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	サブプレッション・プ ール水温 度	3	3	3	3	サブプレッション・プ ール水温度の温 度変化によりサブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度の代替監視可能 監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
電源	電源	緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
				SBO影響	負荷切り離し後		計器数	計器名称		SBO影響	負荷切り離し後
対応手段 事故時操作要領書(シビア アクシデント) 「除熱-1」 「除熱-2」 AM設備別操作要領書 FRHRによる格納容器除 熱	機 作 作 2 2	原子炉格納容 器内の水位 位(SA)	1	1	1	①	代替注水流量(常設)	1	1	1	監視事項は重要パ ラメータにて確 認
							格納容器代替メ トリック流量 (秋田県用)	2	2	2	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	項目	分類	計量数	300kV電源		500kV電源		計量数	計量数	計量数	計量数	計量数	計量数	計量数	
				負荷切り直し機	負荷切り直し機	負荷切り直し機	負荷切り直し機								
監視対象機器 (機材) ベース [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器] [ID/海島監視器]	原子炉冷却 (S/A)		1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉冷却 (S/A)		1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉冷却 (S/A)		1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉冷却 (S/A)		2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
	原子炉冷却 (S/A)		1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉冷却 (S/A)		1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
	原子炉冷却 (S/A)		2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
	原子炉冷却 (S/A)		1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
	原子炉冷却 (S/A)		1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉冷却 (S/A)		2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉冷却 (S/A)		1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段 監視項目(監視装置) (ベント)による監視 (D/C)監視装置 (FV)による監視 監視項目(監視装置) 監視項目(監視装置) (監視項目) (監視項目)	項目	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等			備考
		分類	計数値	監視項目	分類	計数値	監視項目	
監視項目(監視装置) (ベント)による監視 (D/C)監視装置 (FV)による監視 監視項目(監視装置) 監視項目(監視装置) (監視項目) (監視項目)	監視項目(監視装置) (ベント)による監視 (D/C)監視装置 (FV)による監視 監視項目(監視装置) 監視項目(監視装置) (監視項目) (監視項目)	原子炉格納容器内の冷却水の水位	1	原子炉格納容器内の冷却水の水位	1	原子炉格納容器内の冷却水の水位	1	監視項目(監視装置) (ベント)による監視 (D/C)監視装置 (FV)による監視 監視項目(監視装置) 監視項目(監視装置) (監視項目) (監視項目)
		原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	
		原子炉格納容器内の冷却水のpH	1	原子炉格納容器内の冷却水のpH	1	原子炉格納容器内の冷却水のpH	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の電気伝導率	1	原子炉格納容器内の冷却水の電気伝導率	1	原子炉格納容器内の冷却水の電気伝導率	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の溶解水素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解水素濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解水素濃度	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の溶解アンモニア濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解アンモニア濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解アンモニア濃度	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解シリカ濃度	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の溶解鉄濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解鉄濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解鉄濃度	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の溶解銅濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解銅濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解銅濃度	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の溶解鉛濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解鉛濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解鉛濃度	1	
		原子炉格納容器内の冷却水の溶解錫濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解錫濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解錫濃度	1	
原子炉格納容器内の冷却水の溶解マンガン濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解マンガン濃度	1	原子炉格納容器内の冷却水の溶解マンガン濃度	1			

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出圧力メータを計測する計器				抽出温度メータを計測する計器				抽出圧力メータを計測する計器				評価	注記			
	分類	計器名称	計器数	直読	異常切り離し機	パラメータ分類	抽出圧力メータ分類理由	計器名称	計器数	直読	異常切り離し機	計器数			直読	異常切り離し機	
対応手段 事故時操作要領書(循環) 「D/A温度監視」 「S/C水圧監視」 「PCV水素濃度監視」 事故時操作要領書(シビア) 「除熱-1」 「除熱-2」	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力(SA)	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認	
		ドライウェル温度(SA)	2	2	2	①		ベガスタル温度(SA)	2	2	2	2	2	2	2		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能
監視 手順(3/5)	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	①	-	ドライウェル圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによ り、監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
		ドライウェル温度(SA)	2	2	2	①		ベガスタル温度(SA)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することによ り、監視可能	

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

**重大事故等対応に係る監視事項**

**1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等**

項目	区分	計器名称	原子炉格納容器内監視項目			原子炉格納容器外監視項目			計器の種別	監視項目
			計器数	事後	事後	計器数	事後	事後		
監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉格納容器内監視項目	原子炉格納容器内監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内監視項目	
	原子炉格納容器外監視項目	原子炉格納容器外監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器外監視項目	
	原子炉格納容器内監視項目	原子炉格納容器内監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内監視項目	
	原子炉格納容器外監視項目	原子炉格納容器外監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器外監視項目	
	原子炉格納容器内監視項目	原子炉格納容器内監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内監視項目	
	原子炉格納容器外監視項目	原子炉格納容器外監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器外監視項目	
	原子炉格納容器内監視項目	原子炉格納容器内監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内監視項目	
	原子炉格納容器外監視項目	原子炉格納容器外監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器外監視項目	
	原子炉格納容器内監視項目	原子炉格納容器内監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内監視項目	
	原子炉格納容器外監視項目	原子炉格納容器外監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器外監視項目	
	原子炉格納容器内監視項目	原子炉格納容器内監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内監視項目	
	原子炉格納容器外監視項目	原子炉格納容器外監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器外監視項目	
	原子炉格納容器内監視項目	原子炉格納容器内監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内監視項目	
	原子炉格納容器外監視項目	原子炉格納容器外監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器外監視項目	
	原子炉格納容器内監視項目	原子炉格納容器内監視項目	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内監視項目	

備考

- 設備の相違
- 【柏崎6/7, 東海第二】
- 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																													
		<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p> <p style="text-align: center;">1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">計器数</th> <th rowspan="2">補償バスターク 分岐</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">計器数</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">計器数</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">計器数</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>計器数</th> <th>計器数</th> <th>計器数</th> <th>計器数</th> <th>計器数</th> <th>計器数</th> <th>計器数</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4">           原子炉格納容器内の冷却等のための手順等            (D/V/W風機制御)            (S/C/C風機制御)            (P/C/C冷却水循環制御)            (S/C/C冷却水循環制御)            (S/C/C冷却水循環制御)            (S/C/C冷却水循環制御)         </td> <td rowspan="4">電圧</td> <td>C-メータタク目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非正常メータタク目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>D-メータタク目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>D-メータタク目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>C-ロードセンタ目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>C-ロードセンタ目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>D-ロードセンタ目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>D-ロードセンタ目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	計器数		補償バスターク 分岐	計器名称	計器数		計器名称	計器数		計器名称	計器数		計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (D/V/W風機制御) (S/C/C風機制御) (P/C/C冷却水循環制御) (S/C/C冷却水循環制御) (S/C/C冷却水循環制御) (S/C/C冷却水循環制御)	電圧	C-メータタク目線電圧	1	1	①	非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク	1	1	非正常メータタク目線電圧	1	1	非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク	1	1	D-メータタク目線電圧	1	1	①	非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク	1	1	D-メータタク目線電圧	1	1	非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク	1	1	C-ロードセンタ目線電圧	1	1	①	非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	C-ロードセンタ目線電圧	1	1	非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	D-ロードセンタ目線電圧	1	1	①	非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	D-ロードセンタ目線電圧	1	1	非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎6/7, 東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
項目	分類	計器名称				計器数				補償バスターク 分岐	計器名称		計器数			計器名称	計器数		計器名称	計器数																																																												
			計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数			計器数																																																																				
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (D/V/W風機制御) (S/C/C風機制御) (P/C/C冷却水循環制御) (S/C/C冷却水循環制御) (S/C/C冷却水循環制御) (S/C/C冷却水循環制御)	電圧	C-メータタク目線電圧	1	1	①	非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク	1	1	非正常メータタク目線電圧	1	1	非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク	1	1																																																																		
		D-メータタク目線電圧	1	1	①	非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク	1	1	D-メータタク目線電圧	1	1	非正常メータタクの電圧状態を監視するバスターク	1	1																																																																		
		C-ロードセンタ目線電圧	1	1	①	非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	C-ロードセンタ目線電圧	1	1	非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1																																																																		
		D-ロードセンタ目線電圧	1	1	①	非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	D-ロードセンタ目線電圧	1	1	非正常ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1																																																																		





<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <p>・設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
--	--------------------------------	---------------------	---

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

①重要監視パラメータ、②有差監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	項目名	①重要監視パラメータ			②有差監視パラメータ			③補助パラメータ																
		計数値	直後	異常切り渡し後	計数値	直後	異常切り渡し後	計数値	直後	異常切り渡し後														
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (1) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (2) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (3) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (4) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (5) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (6) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (7) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (8) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (9) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (10) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (11) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (12) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (13) 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	格納容器冷却水ポンプ出口圧力 (A相、B相のみ)	3	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
	格納容器冷却水ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口圧力 (A相、B相のみ)	3	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口圧力 (A相、B相のみ)	3	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口圧力 (A相、B相のみ)	3	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口圧力 (A相、B相のみ)	3	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口圧力 (A相、B相のみ)	3	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	格納容器冷却水ポンプ出口圧力 (A相、B相のみ)	3	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																																																																																																																						
		<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p> <p><b>1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</b></p> <p>①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">SBO影響</th> <th colspan="3">追加パラメータ</th> <th rowspan="2">計器数</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">追加パラメータ</th> <th colspan="3">SBO影響</th> <th rowspan="2">計器数</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">追加パラメータ</th> <th rowspan="2">SBO</th> </tr> <tr> <th>負荷切り直し後</th> <th>直後</th> <th>直前</th> <th>追加パラメータ</th> <th>分類</th> <th>追加パラメータ</th> <th>負荷切り直し後</th> <th>直後</th> <th>直前</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="3">原子炉格納容器内の温度</td> <td rowspan="3"></td> <td>サブプレッション・チャンセル温度 (S.A)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>①</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>サブプレッション・チャンセル温度 (S.A)</td> <td>—</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>サブプレッション・チャンセル温度 (S.A) の温度変化により代替監視可能</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>サブプレッション・チャンセル温度 (S.A) の温度変化により代替監視可能</td> </tr> <tr> <td>サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>①</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A)</td> <td>—</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A) により代替監視可能</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A) により代替監視可能</td> </tr> <tr> <td>C-メータ目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>C-メータ目線電圧</td> <td>—</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非常用メータ目線の異常状態を監視するパラメータ</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="4">電圧</td> <td rowspan="4"></td> <td>D-メータ目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>D-メータ目線電圧</td> <td>—</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非常用メータ目線の異常状態を監視するパラメータ</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>C-ロードセントラ目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>C-ロードセントラ目線電圧</td> <td>—</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非常用ロードセントラの異常状態を監視するパラメータ</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>D-ロードセントラ目線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>D-ロードセントラ目線電圧</td> <td>—</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>非常用ロードセントラの異常状態を監視するパラメータ</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器が圧力</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>③</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>原子炉格納容器の動作状態を監視するパラメータ</td> <td>—</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">蒸気ヒートポンプの動作</td> <td rowspan="2"></td> <td>蒸気発生機出力</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>①</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>蒸気発生機出力</td> <td>—</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>R/CW熱交換器出力</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>③</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>R/CW熱交換器出力</td> <td>—</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	SBO影響			追加パラメータ			計器数	計器名称	追加パラメータ	SBO影響			計器数	計器名称	追加パラメータ	SBO	負荷切り直し後	直後	直前	追加パラメータ	分類	追加パラメータ	負荷切り直し後	直後	直前	原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チャンセル温度 (S.A)	2	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チャンセル温度 (S.A)	—	2	2	2	2	サブプレッション・チャンセル温度 (S.A) の温度変化により代替監視可能	2	2	2	2	サブプレッション・チャンセル温度 (S.A) の温度変化により代替監視可能	サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A)	2	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A)	—	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A) により代替監視可能	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A) により代替監視可能	C-メータ目線電圧	1	1	1	③	1	1	1	C-メータ目線電圧	—	1	1	1	1	非常用メータ目線の異常状態を監視するパラメータ	—	—	—	—	—	電圧		D-メータ目線電圧	1	1	1	③	1	1	1	D-メータ目線電圧	—	1	1	1	1	非常用メータ目線の異常状態を監視するパラメータ	—	—	—	—	—	C-ロードセントラ目線電圧	1	1	1	③	1	1	1	C-ロードセントラ目線電圧	—	1	1	1	1	非常用ロードセントラの異常状態を監視するパラメータ	—	—	—	—	—	D-ロードセントラ目線電圧	1	1	1	③	1	1	1	D-ロードセントラ目線電圧	—	1	1	1	1	非常用ロードセントラの異常状態を監視するパラメータ	—	—	—	—	—	原子炉格納容器が圧力	2	0	0	③	2	0	0	0	原子炉格納容器の動作状態を監視するパラメータ	—	2	0	0	0	—	—	—	—	—	蒸気ヒートポンプの動作		蒸気発生機出力	2	0	0	①	2	0	0	蒸気発生機出力	—	2	0	0	0	—	—	—	—	—	—	R/CW熱交換器出力	2	0	0	③	2	0	0	0	R/CW熱交換器出力	—	2	0	0	0	—	—	—	—	—	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎 6/7, 東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
項目	分類	計器名称				SBO影響			追加パラメータ						計器数	計器名称	追加パラメータ					SBO影響			計器数	計器名称	追加パラメータ	SBO																																																																																																																																																																																													
			負荷切り直し後	直後	直前	追加パラメータ	分類	追加パラメータ	負荷切り直し後	直後	直前																																																																																																																																																																																																														
原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チャンセル温度 (S.A)	2	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チャンセル温度 (S.A)	—	2	2	2	2	サブプレッション・チャンセル温度 (S.A) の温度変化により代替監視可能	2	2	2	2	サブプレッション・チャンセル温度 (S.A) の温度変化により代替監視可能																																																																																																																																																																																																				
		サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A)	2	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A)	—	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A) により代替監視可能	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チャンセル圧力 (S.A) により代替監視可能																																																																																																																																																																																																				
		C-メータ目線電圧	1	1	1	③	1	1	1	C-メータ目線電圧	—	1	1	1	1	非常用メータ目線の異常状態を監視するパラメータ	—	—	—	—	—																																																																																																																																																																																																				
電圧		D-メータ目線電圧	1	1	1	③	1	1	1	D-メータ目線電圧	—	1	1	1	1	非常用メータ目線の異常状態を監視するパラメータ	—	—	—	—	—																																																																																																																																																																																																				
		C-ロードセントラ目線電圧	1	1	1	③	1	1	1	C-ロードセントラ目線電圧	—	1	1	1	1	非常用ロードセントラの異常状態を監視するパラメータ	—	—	—	—	—																																																																																																																																																																																																				
		D-ロードセントラ目線電圧	1	1	1	③	1	1	1	D-ロードセントラ目線電圧	—	1	1	1	1	非常用ロードセントラの異常状態を監視するパラメータ	—	—	—	—	—																																																																																																																																																																																																				
		原子炉格納容器が圧力	2	0	0	③	2	0	0	0	原子炉格納容器の動作状態を監視するパラメータ	—	2	0	0	0	—	—	—	—	—																																																																																																																																																																																																				
蒸気ヒートポンプの動作		蒸気発生機出力	2	0	0	①	2	0	0	蒸気発生機出力	—	2	0	0	0	—	—	—	—	—	—																																																																																																																																																																																																				
		R/CW熱交換器出力	2	0	0	③	2	0	0	0	R/CW熱交換器出力	—	2	0	0	0	—	—	—	—	—																																																																																																																																																																																																				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	SBO影響 直後	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器故障等	SBO
対応手段 非同時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保 ③ ②	計器名称 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン冷却域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン冷却域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量 原子炉水位(広部域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	パラメータ分類 ①	補助パラメータ分類理由 -	計器数 1	SBO影響 直後 1	計器名称 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン冷却域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン冷却域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量 原子炉水位(広部域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	パラメータ分類 -	補助パラメータ分類理由 -	計器数 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2 2	計器故障等 代替注水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注 水量より、代替注水貯槽水位の代 替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	SBO影響 直後	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由		計器数	
												負荷切り離し後
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (S/A燃料域)	原子炉水位 サブプレッジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	計器名称 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	パラメータ分類 ① ① ① ①	補助パラメータ分類理由 -	計器数 1 1 1 1	SBO影響 直後 1 1 1 1	計器名称 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	パラメータ分類 -	補助パラメータ分類理由 -	計器数 1 1 1 1	計器故障等 監視事項は主要パラメータにて確認	SBO 監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	SBO影響		計器数	SBO影響		計器故障等	評価		
			直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後		計器故障等	SBO	
対応手段 異常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アラクション ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	1	1	計器故障等	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェルセル差気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウェル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	①	1	1	1	1	計器故障等	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブレ ッジョン・チェンバ差気温度に よって代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (1/2)	原子炉格 納容器内 の温度	8	8	①	1	1	1	1	計器故障等	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェルセル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		2	2	①	3	3	3	3	計器故障等	サブプレッジョン・プールの温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ差気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	SBO影響		計器数	SBO影響		計器故障等	評価		
			直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後		計器故障等	SBO	
対応手段 異常時運転手 手順書(循環 ポンプ/C温度制御)	原子炉格納容 器内の水位	2	0	③	2	0	1	1	計器故障等	原子炉格納容器水位の動作状 況を監視するパラメータ	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		2	0	①	2	0	2	2	計器故障等	原子炉格納容器水位の動作状 況を監視するパラメータ	監視事項は主 要パラメータ にて確認
操作 (2/2)	原子炉格納容 器内の水位	2	0	③	2	0	2	2	計器故障等	原子炉格納容器水位の動作状 況を監視するパラメータ	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		1	1	①	1	1	1	1	計器故障等	原子炉格納容器水位の動作状 況を監視するパラメータ	監視事項は主 要パラメータ にて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	監視パラメータ										
		分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ	分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後
非常時運転手 検査員(シフト) アブクランタン 「除熱-1」 等 AM設備助換 作手順書	原子炉格納容器内の水位	①	サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器下部注水流量の注水重より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能
		②	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	②	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量(常設ライン用)発生量(常設ライン用)低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備助換 作手順書	原子炉格納容器内の注水量	①	低圧代替注水系統格納容器への注水量(常設ライン用)	1	1	1	①	代替注水貯槽水位	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽水位の水位変化より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能
		②	低圧代替注水系統格納容器への注水量	1	1	1	②	西側注水貯槽水位	1	1	1	ドライウエール圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能
AM設備助換 作手順書	補機監視機能	①	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	①	代替注水貯槽水位	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽水位の水位変化より、低圧代替注水系統格納容器スプレッドの代替監視可能
		②	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	②	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、低圧代替注水系統格納容器スプレッドの代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対峙手段 非常時運転手 順書III (シビ アアグシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代普通淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	計器故障等 SBO
			①	1	1	1	1	
		補助パラメータ 分類理由						
		パラメータ 分類						
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン抜帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可換ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可換ライン抜帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (可換ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブレーション・ブール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2	直後	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等 SBO
		監視事項は抽 出パラメータ にて確認						
		代替淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注 水量より、代替淡水貯槽水位の代 替監視可能						
		原子炉水位、サブレーション・ブ ール水位の変化より、代替淡水貯 槽水位の代替監視可能						
		代替淡水貯槽を水源とするポンプ の吐出圧力より、代替淡水貯槽水 位が確保されていることを監視可 能						

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	計器数	計器故障等		SBO	
		計器数	SBO影響 直後 [負荷切り直し後]	計器数	SBO影響 直後 [負荷切り直し後]							
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	格納容器蒸気空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	成膜時に格納容器内蒸気放射線モニタは抽 出パラメータを計測することができ、監視 可能 ①
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	格納容器蒸気空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	成膜時に格納容器内蒸気放射線モニタは抽 出パラメータを計測することができ、監視 可能 ①
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	4	4	4	4	4	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能 ①
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であ れば、高圧熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代 替監視可能 ①	2	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であ れば、高圧熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代 替監視可能 ①
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 ①
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	1	ドライウエル蒸気温度 [ドライウエル圧力]	8	8	8	8	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 ①
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	0	0	0	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 ①
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	2	2	2	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 ①
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代表格納容器スプレッド b. 代表格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	0	0	0	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 ①

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価			
	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 監視(シビ アラミング ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書  制御 簿(2/2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエ ル温度	8	8	①	-	ドライウエ ル圧力 サブプレッ ション・チ ェンバ圧 力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・チ ェンバ温度	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール水温 度	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッション・ チェンバ発熱温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
電源	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
電源	P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	
電源の確 保	直流15V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	
電源の確 保	水源の確 保	1	0	0	③	代替冷却水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対峙手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シド アブレーション ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 出パラメータにて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		【ドライウエル圧力】	2	0	0	0	0	0	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	
		ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	1	1	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能	
操作 (1/2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	8	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	2	3	3	3	3	飽和温度/圧力の関係からサブプレッ ション・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ蒸気温度 の代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有別監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ		評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
													計器名称
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) (除熱-1) 等 AM設備別機 作手順書 操作(2/2)	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッジョン・プ ール水位	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注本系原子炉注水流 量(常設ライン排他域用) 低圧代替注本系原子炉注水流 量(可動ライン用) 低圧代替注本系原子炉注水流 量(可動ライン排他域用) 低圧代替注本系格納容器ス トレイン流量(常設ライン用) 低圧代替注本系格納容器ス トレイン流量(可動ライン用) 低圧代替注本系格納容器下 部注水量	1	1	低圧代替注本系原子炉注水流 量、低圧代替注本系格納容器 ストレイン流量及び低圧代替 注本系格納容器下部注水量 より、サブプレッジョン・プ ール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッジョン・プール水位の代替監視 可能	1	1			
		西側淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1		
		ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	ドライウエル圧力	1	1		
		サブプレッジョン・チェンバ ー力	1	1	1	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバ ー力	1	1		
		除熱系 格納容器 の注水量	1	0	0	0	-	-	除熱系 格納容器 の注水量	1	0		
		補機監視 機能	1	1	0	0	③	③	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	0		
		水源の確 保	1	0	0	0	③	③	右側淡水貯槽タンク水 位	1	0		
									代替淡水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代償バロメータを計測する計器			計器名称	計器数	直後	SBO影響	バロメータ分類	漏洩バロメータ分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後													計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 監理員(シビ ブ/アラート 1) 除熱-1) 等 AMは個別機 作手継ぎ	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル蒸気 温度	8	8	①	—	—	ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	—	—	—	—	—	—	—		
		サブプレッション・チ ェンバ管側風温度	2	2	①	—	—	サブプレッション・チ ェンバ管側風温度の 代償風温度	3	3	3	3	—	—	—	—	—	—	—		
		M/C 2C電圧	1	1	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
		P/C 2C電圧	1	1	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
		M/C 2D電圧	1	1	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
		P/C 2D電圧	1	1	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
		直流125V 主母線2 A電圧	1	1	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
		直流125V 主母線2 B電圧	1	1	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
		水測の確 保	—	2	0	④	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	

①：重要監視バロメータ、②：有線監視バロメータ、③：漏洩バロメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対心手段 非常時運転手 観察員(シビ ブアラシグ ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 超飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視可 能 監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気 温度	1	1	1	1	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作(1/2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	8	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気 温度	2	2	2	2	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能 飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ圧力によりサブ プレッショ ン・チェンバ蒸気温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 員切りの直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 員切りの直後		
対応手段 非常時運転手 無事Ⅲ(シビ アアラシアン ト) 「除熱-1」 等 AM4設備別機 作手順書	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン帯電用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可動ライン帯電用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量、低圧代替注水系統格納容器下部注水流量の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系統流量	1	0	-	-	-	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽水位、西側注水貯槽水位の代替監視可能	
	詳細監視機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧力	1	1	0	③	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能
	水源の確保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	2	0	ドライウェル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能

①:重要監視パラメータ、②:有別監視パラメータ、③:補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後		計器故障等		
												パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアタシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度  電源  判断基準(2/3)	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	-	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッション・ チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	飽和温度/圧力の関係からサブプレッ ション・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ雰囲気温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-		
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	パラメータ分類		補助パラメータ分類
対応手段 非常時運転手 員(シフト アタランダン ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側淡水貯水設備水 位  副 系 保 水 源 の 補 給 ( 2 / 3)	西側淡水貯水設備水位	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位、原子炉水位(SA広帯域)	2	2	2	2
		代替淡水貯水設備水位	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯水設備水位の代替監視可能	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ											
	分類	抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	評価
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能
		ドライウエル蒸気温度	8	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ蒸気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウエル蒸気温度	8	8	8	①	-	ドライウエル蒸気温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバ蒸気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				計器故障等	SRD
	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器	ハラムメータ	補助ハラムメータ	抽出パラメータを計測する計器	計器数		
対応手段				直後	異常切り離し後	分類理由	直後	異常切り離し後		
非常時運転手 指示Ⅲ（シビ ブ） 【除熱-1】 等 AM設備切離 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位  操作 ② / ③	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、 流量及び低圧代替注水系統格納容器 下部注水流量の注水量より、サブ プレッション・プール水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統格納 容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1						
		低圧代替注水系統格納 容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1						
		低圧代替注水系統格納 容器下部注 水量	1	1						
		代替注水貯槽水位	1	1						
		西側淡水貯槽水位	1	1						
		ドライウェル圧力	1	1						
		サブプレッショ ン・チェン バ圧力	1	1						
		代替注水貯槽水位	1	1						
		低圧代替注水系統格納 容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1	①					
		低圧代替注水系統格納 容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	①					

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ		抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後	分	分	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBD
対応手段 非常時運転手 順書(シビ アタシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側冷却水貯水設備 水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水 線(常設ライン用)	1	1	1	西側冷却水貯水設備を水源としてい る系統のうち、運転している系統 の注水量より、西側冷却水貯水設備 水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						低圧代替注水系統格納容器下部 注水量	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プ ール水位の変化より、西側冷却水貯 水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
機 組 (3 機)	水源の機 組	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水 線(常設ライン用)	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注 水量より、代替注水貯槽水位の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						低圧代替注水系統格納容器下部 注水量	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プ ール水位の変化より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能	代替注水貯槽を水源とするポンプ の吐出圧力より、代替注水貯槽水 位が確保されていることを監視可 能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

抽出パラメータを計測する計器

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
			計器数	直後   負荷切り置した後				計器数	直後   負荷切り置した後		SBO影響	計器故障等
1.6.2 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (a) フロントガス系統隔離の対応手順 b. 格納容器代替除熱	非常時運転 順書Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 除熱-1 等	格納容器内放射熱 モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器内放射熱モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射熱モニタの計測が不能で、抽出パラメータによる格納容器内放射熱モニタの監視を行うことができない。抽出パラメータを計測することにより、監視が可能。
AM設備の 作動検査	原子炉 格納容器 内の 放射 熱	格納容器内放射熱モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器内放射熱モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射熱モニタの計測が不能で、抽出パラメータによる格納容器内放射熱モニタの監視を行うことができない。抽出パラメータを計測することにより、監視が可能。
		原子炉格納容器内放射熱モニタ (S/C)	4	4	①	-	原子炉格納容器内放射熱モニタ (D/W)	4	4	4	4	直接的に格納容器内放射熱モニタの計測が不能で、抽出パラメータによる格納容器内放射熱モニタの監視を行うことができない。抽出パラメータを計測することにより、監視が可能。
		原子炉格納容器内放射熱モニタ (S/C)	4	4	①	-	原子炉格納容器内放射熱モニタ (D/W)	4	4	4	4	直接的に格納容器内放射熱モニタの計測が不能で、抽出パラメータによる格納容器内放射熱モニタの監視を行うことができない。抽出パラメータを計測することにより、監視が可能。
		原子炉格納容器内放射熱モニタ (S/C)	4	4	①	-	原子炉格納容器内放射熱モニタ (D/W)	4	4	4	4	直接的に格納容器内放射熱モニタの計測が不能で、抽出パラメータによる格納容器内放射熱モニタの監視を行うことができない。抽出パラメータを計測することにより、監視が可能。
		原子炉格納容器内放射熱モニタ (S/C)	4	4	①	-	原子炉格納容器内放射熱モニタ (D/W)	4	4	4	4	直接的に格納容器内放射熱モニタの計測が不能で、抽出パラメータによる格納容器内放射熱モニタの監視を行うことができない。抽出パラメータを計測することにより、監視が可能。
電源	電圧	M/C 2C電圧	1	1	③	-	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータがない。
		P/C 2C電圧	1	1	③	-	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータがない。
		M/C 2D電圧	1	1	③	-	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータがない。
		P/C 2D電圧	1	1	③	-	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータがない。
		直流15V主母線2A電圧	1	1	③	-	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	直流電源の受電状態を確認するパラメータがない。
		直流15V主母線2B電圧	1	1	③	-	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	直流電源の受電状態を確認するパラメータがない。

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト)【手順-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエルの圧力	1	1	サブレーション・チェンバの圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブレーション・チ ェンバの圧力	1	1	【ドライウエル圧力】	2	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
	原子炉格 納容器内 の温度	サブレーション・チ ェンバの温度	1	1	サブレーション・チェンバの温 度	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエルの温度	8	8	サブレーション・チェンバの温 度	2	0	監視可能であればサブレーション により代替監視可能
	補機監視 機能	M/C 2B-2電圧	1	1	③	非常用HM/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-
		P/C 2B-2電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-
		原子炉補機冷却系 サブアウトヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系サブアウトヘ ッド圧力確認 するパラメータ	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有源監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器設備等		
対応手段 非常時運転手 マニュアル 「操熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧 力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能		
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により代替 監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	-	サブプレッション・プール水 温	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能	
	抽換監視 機能	原子炉補機冷却系 圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系の運転状態を 確認するバロメ ータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉補機冷却系 圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系の運転状態を 確認するバロメ ータ	-	-	-	-	-	-

①: 重要監視バロメータ、②: 有効監視バロメータ、③: 補助バロメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ補助バロメータ			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	バロメータ	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等			
非常時運転手 (シビアアク シデンスト) 「除熱-1」 等 AM(設備別)操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	8	ドライウエルの蒸気温度	①	1	ドライウエルの圧力	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッション・チェンバの温度	2	サブプレッション・チェンバの温度	①	2	サブプレッション・チェンバの圧力	3	3	3	3	3	監視事項は抽出バロメータにて確認
制 御 系 統 (2 /3)	本館の備 保	1	加圧冷却水系統流量		2	加圧冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		3	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		4	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		5	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		6	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		7	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		8	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		9	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		10	原子炉内冷却水系統流量		2	原子炉内冷却水系統流量	1	1	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器				抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	SBO影響   負荷切り離し後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2 D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
対応手段 非常時運転手 (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		ドライウエル蒸気 温度	1	1	①	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッ ジョン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	ドライウエル圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力はサブプレッジョン・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ジョン・チ ェンバ蒸気 温度	サブプレッジョン・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	サブプレッジョン・プール水 温度	3	3	3	サブプレッジョン・プール水温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ蒸気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		残留熱除去系系統 の注水量	2	0	0	サブプレッジョン・チェンバ 圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッジョン・チェンバ圧力によりサブ プレッジョン・チェンバ蒸気温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ						評価	
		分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称			SBO影響
非常時運転手順書III (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	補機監視機能 水源の確保	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	-	-	-
	操作 (2 / 2)								
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・ポンプを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能
		代替補機冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	2	サブプレッション・ポンプを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0	0	
		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	
		常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		代替補機冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0	0	
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SED
対応手続							
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順							
(2) サポート系統破損時の対応手順							
①. 復旧							
非常時運転手							
(シビアアクシデンツ)「除熱-1」等							
AM設備別操作手順書							
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	格納容器内放射線量	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉圧力	2	原子炉圧力	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉圧力 (燃料域)	2	原子炉圧力 (燃料域)	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉圧力 (SA燃料域)	1	原子炉圧力 (SA燃料域)	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	サブプレッション・チェンバースタート温度	2	サブプレッション・チェンバースタート温度	2	サブプレッション・チェンバースタート温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバースタート温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	サブプレッション・チェンバースタート温度	3	サブプレッション・チェンバースタート温度	3	サブプレッション・チェンバースタート温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバースタート温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	サブプレッション・チェンバースタート温度	2	サブプレッション・チェンバースタート温度	2	サブプレッション・チェンバースタート温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバースタート温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	サブプレッション・チェンバースタート温度	2	サブプレッション・チェンバースタート温度	2	サブプレッション・チェンバースタート温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバースタート温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
再稼働運転中 順巻機 シェアック 「除熱-1」 等 AM設備別働 作手順書  電源 別冊 巻機 (2, 3)	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電機能を確保するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの受電機能を確保するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電機能を確保するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの受電機能を確保するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電機能を確保するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電機能を確保するパラメータ	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	1	③	直連電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	③	直連電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用直連125V主母線盤電圧	1	1	1	1	③	緊急用直連電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		残留熱除去系海水系系統流量	2	0	0	0	-	-	-	-	-	-
		最終ヒーティングの確保	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系)	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系)	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
非常時運転手順書Ⅲ (シビアアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	水源の確保	サプレッション・プール水位	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 計器名称 高圧代替注水系統流量	抽出パラメータ 計器数 1	抽出パラメータ SBO影響 直後	抽出パラメータ SBO影響 負荷切り直し後 1	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	SBO 監視事項は抽出パラメータにて確認
							代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2		
							原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
							高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0		
							残留熱除去系統流量	3	0	0		
							低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0		
							常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1		
							代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2		
							原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1		
							高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1 3 1	0 0 0	0 0 0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 2 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO
非常時手順書 II (飯俣ベ- ス)「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	判 断 準 則 (2, 5)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉水位 (燃料域)	2	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			高圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	①	高圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	①	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	①	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	①	高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			残留熱除去系系統流量	3	0	①	残留熱除去系系統流量	3	0	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				SBO		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響				
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時手順書 II (微俊ベース) 「PCV圧力制御」等 非常時手順書 III (シビアアクシデンツ) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		サブプレッション・チェンバーステンション・チェンバーステンション・チェンバーステンション	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	8	8	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバーステンション・チェンバーステンション	2	2	2	2	3	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	別冊第 3 巻 (3 / 5)	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバーステンション・チェンバーステンション	2	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバーステンション・チェンバーステンション	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバーステンション・チェンバーステンション	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバーステンション・チェンバーステンション	2	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有価監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	SBO影響 直後	直後   負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時手順書 II (微検ベ- ス) (P.C.V圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備明 作手順書	水源の確 保 (4 / 5)	1	1	1	サブレーション・ブ ール水位	1	1	1	計器故障等	サブレーション・ブ- ール水位を水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・ブ- ール水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
					高圧代替注水系統流量	1	1	1	計器故障等	
					代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	計器故障等	
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	計器故障等	
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	計器故障等	
					残留熱除去系統流量	3	0	0	計器故障等	
					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	計器故障等	
					常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	計器故障等	
					代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	計器故障等	
					原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	計器故障等	
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	計器故障等						
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	計器故障等						
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	計器故障等						

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
															計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (攪拌ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシシク の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-		
	電源	P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時手順書 II (微條ベ- ス) (PCV圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシダント) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧 力	1	1	1	計器故障等 直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧 力	2	2	2	2
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力及びサブプレッ ション・チェンバ圧力の変化によ り、ドライウエル雰囲気温度の代 替監視可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プ-ール水温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時手順書Ⅱ (微候ベース) (PCV圧力制御) 等	原子炉格納容器への注水量補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	
非常時手順書Ⅲ (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	操作 (2/2) 水源の確保	水源の確保	高圧代替注水系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッジョン・プール水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認
			代替循環冷却系原子炉注水流	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0	0	-	-	-	-	-	-	
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	-	-	-	-	-	-	
			低圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0	0	-	-	-	-	-	-	
			常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-	-	-	-	-				
低圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-				

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 / 負荷切り離し後	パラメータ	分類	分組理由	計器名称	計器数	直後 / 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対処手順 (2) 残置蒸留法系 (サブプレッシャ・プールの冷却系)	サブプレッシャ・プール水温	3	3	3	①	-	サブプレッシャ・プール水温	2	2	2	サブプレッシャ・プールの水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	-	サブプレッシャ・プールの水温	3	3	3	サブプレッシャ・プールの水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
異常時手順書 II (直後ペーシング) 等 非常時手順書 II (サブプレッシャ・プールの冷却-1) 等 AM設備別操作手順書	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	蒸留125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
蒸留125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
最終ヒート交換機冷却水系システム流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後
対応手段 非正常時手順書 II (微振ベ- ス) 「S/P温度 制御」等 非正常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	高圧代替注水系統流量 量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能
			1	1	①	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	サブレーション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サブレッ ション・プール水位が確保されている ことを監視可能
						原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	
						高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	
						残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	
						低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (微減ベ ス) (S/P温度 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブレーション・プ ール水温度	3	3	3	①	-	サブレーション・チェンバ ーの温度	2	2	2	サブレーション・チェンバ ーの温度変化によりサブ レーション・プール水温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	最終ヒー トシンク の確保	残留熱除去系熱交換 器入口温度	残留熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	0	①	-	原子炉圧力容器温度	4	4	4	除熱先の温度変化により代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系熱交換 器出口温度	残留熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	0	①	-	サブレーション・プール水温 度	3	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度と 残留熱除去系熱交換器の熱交換量 評価により代替監視可能	
	原子炉格 納容器へ の注水量 補機監視 機能	残留熱除去系系統流 量	残留熱除去系系統流 量	2	0	0	-	-	残留熱除去系海水系、緊急用海水 系の流量が確保されていること により、最終ヒートシンクが確保さ れていることを代替監視可能	2	0	0	残留熱除去系海水系、緊急用海水 系の流量が確保されていること により、最終ヒートシンクが確保さ れていることを代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	2	0	0	-	-		2	0	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7，東海第二】**  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	SBO		
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等				
				パラメータ分類	補助パラメータ分類理由		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後
非常時手順書 II (微候ベ- ス)「S/P温度 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシデンツ) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保 操作 ② ②	水源の確保	サブレーション・ブ ール水位	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・ブ- ール水位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
						代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1		
						高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0	0		
						残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0		
						低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0	0		
						常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1		
						代替循環冷却系ポンプ吐出 力	2	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1		
						高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0	0	0		
残留熱除去系ポンプ吐出力	3	0	0	0	0								
低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0	0	0								

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, SBO警報, SBO警報, SBO警報, SBO警報. Contains monitoring items for pressurization prevention.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, SBO警報, SBO警報, SBO警報, SBO警報. Includes monitoring items for rupture prevention and lists monitoring parameters like pressure, temperature, and level.

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, SBO警報, SBO警報, SBO警報, SBO警報. Monitoring items for pressure rupture prevention.

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違







重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PVC制御 FCV制御	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	①	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度	1	1	①	①	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (炉心損傷後PVCベ ンチ用(S/O)) (炉心損傷後PVCベ ンチ用(D/W))	サブプレッ ション・ チェンバ ーの温度	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	①	①	3	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	2	2	①	①	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
機械監視 機能	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器入口圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器出口放射線電 圧	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	負荷切り離し後			
非常時運転手 順書Ⅲ(シビア アクシデ ント) 【除熱-1】 等 AM設備別 操作手 順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	③	③	3	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (1 / 4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデ ント) AM設備別操作手 順書Ⅲ(FCV/S による格納容 器内の圧 力)	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	①	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	①	2	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器数	計器名称	直後	直後		計器数	計器名称	直後	直後	
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	原子炉格 納容器内 の放射能 量率	格納容器内空気放射線レベル	2	1	0	0	エア放熱機モニタ	2	0	0	0	エア放熱機モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		格納容器内空気放射線レベル	2	1	0	0	エア放熱機モニタ	2	0	0	0	エア放熱機モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	原子炉内 力発電機 の風量	原子炉圧力	2	2	2	0	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力発電機	2	2	2	0	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	格納容器内 の風速	残留熱除去系系統流量	2	2	1	1	残留熱除去系系統流量入口流量	3	3	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口流量により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		残留熱除去系系統流量	2	2	1	1	残留熱除去系系統流量入口流量	3	3	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口流量により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	最終ヒー トシンク の温度	最終ヒー	2	2	2	2	最終ヒー	3	3	1	1	最終ヒー
		トシンク	2	2	2	2	トシンク	3	3	1	1	トシンク
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	格納容器内 の温度	格納容器内	2	2	2	2	格納容器内	3	3	1	1	格納容器内
		温度	2	2	2	2	温度	3	3	1	1	温度
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	格納容器内 の圧力	格納容器内	2	2	2	2	格納容器内	3	3	1	1	格納容器内
		圧力	2	2	2	2	圧力	3	3	1	1	圧力
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	格納容器内 の水位	格納容器内	2	2	2	2	格納容器内	3	3	1	1	格納容器内
		水位	2	2	2	2	水位	3	3	1	1	水位
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	格納容器内 の流量	格納容器内	2	2	2	2	格納容器内	3	3	1	1	格納容器内
		流量	2	2	2	2	流量	3	3	1	1	流量

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器数	計器名称	直後	直後		計器数	計器名称	直後	直後	
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力発電機 の水位	原子炉圧	1	1	1	1	原子炉圧	2	2	2	2	直線的に原子炉圧力監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		力発電機	1	1	1	1	力発電機	2	2	2	2	直線的に原子炉圧力監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 2 / 4	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格	1	1	1	1	原子炉格	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		納容器内	1	1	1	1	納容器内	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 3 / 2	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格	2	2	2	2	原子炉格	3	3	3	3	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		納容器内	2	2	2	2	納容器内	3	3	3	3	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器数	計器名称	直後	直後		計器数	計器名称	直後	直後	
事故時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格	7	7	7	7	原子炉格	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		納容器内	7	7	7	7	納容器内	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 3 / 2	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格	2	2	2	2	原子炉格	3	3	3	3	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		納容器内	2	2	2	2	納容器内	3	3	3	3	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 3 / 2	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格	8	8	8	8	原子炉格	3	3	3	3	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		納容器内	8	8	8	8	納容器内	3	3	3	3	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 3 / 2	原子炉格 納容器内 の流量	原子炉格	4	4	4	4	原子炉格	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		納容器内	4	4	4	4	納容器内	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 3 / 2	原子炉格 納容器内 の流量	原子炉格	4	4	4	4	原子炉格	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		納容器内	4	4	4	4	納容器内	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の監視が放射能に あると想定し、放射能監視/圧力の監視から原子炉 圧力より代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認



重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	
多様なハザード対応手順 【フィルタ装置停止後のA/Bバース】	判別基準	2	2	2	2	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	検出手段	2	2	2	2	
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインバース】	判別基準	1	1	1	1	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	検出手段	1	1	1	1	
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインバース】	判別基準	2	2	2	2	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	検出手段	2	2	2	2	
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインバース】	判別基準	3	3	3	3	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	検出手段	3	3	3	3	
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインバース】	判別基準	1	1	1	1	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	検出手段	1	1	1	1	
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインバース】	判別基準	2	2	2	2	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	検出手段	2	2	2	2	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器数	計器名称	抽出理由	分類	計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等		
非正常運転終了アラート発生(「除熱-1」等)	8	ドライウェル蒸気温度	①	①	1	ドライウェル蒸気圧力	1	1	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備動作手動書	2	サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション	①	①	3	サブプレッション・チェンバースプレッション	3	3	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力容器注水量	3	サブプレッション・チェンバースプレッション	①	①	2	サブプレッション・チェンバースプレッション	2	2	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力容器注水量	2	サブプレッション・チェンバースプレッション	①	①	2	サブプレッション・チェンバースプレッション	2	2	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
最終トリップの確保	2	ドライウェル蒸気温度	①	①	3	ドライウェル蒸気圧力	3	3	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
代替蒸発冷却系格納容器スプレッド	2	代替蒸発冷却系格納容器スプレッド	①	①	8	代替蒸発冷却系格納容器スプレッド	8	8	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
代替蒸発冷却系格納容器スプレッド	2	代替蒸発冷却系格納容器スプレッド	①	①	2	代替蒸発冷却系格納容器スプレッド	2	2	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
代替蒸発冷却系格納容器入口風速	2	代替蒸発冷却系格納容器入口風速	①	①	2	代替蒸発冷却系格納容器入口風速	2	2	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
代替蒸発冷却系格納容器入口風速	2	代替蒸発冷却系格納容器入口風速	①	①	4	代替蒸発冷却系格納容器入口風速	4	4	①	監視事項は抽出パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	
判別基準	①	2	2	2	2	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	②	2	2	2	2	
検出手段	①	2	2	2	2	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	②	2	2	2	2	
判別基準	①	1	1	1	1	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	②	1	1	1	1	
検出手段	①	2	2	2	2	監視事項は主要ハザード対応手順にて確認
	②	2	2	2	2	

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			SBO	
				計器数	直後	SBO影響			計器数	直後	SBO影響		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 及電圧が健全である樹が格納容器内の減圧及び除熱 b. 代替補償手段による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 事故時運転操作手順書 (「ヒビクラックアラーム」) [「CV 制御」] AM 設備別操作手順書 (「代替補償冷却系による 除熱-1」 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	①	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	1	0	①	2	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	②	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	1	0	②	2	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	③	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	③	3	3	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	④	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	④	3	3	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	⑤	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	⑤	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	⑥	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	⑥	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			SBO	
				計器数	直後	SBO影響			計器数	直後	SBO影響		
非常時運転手 順書III(シ ブリアアラ ーム) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	①	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	②	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	②	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	③	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	③	3	3	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	④	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	④	3	3	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	⑤	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	⑤	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	⑥	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	⑥	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			SBO		
			計器数	直後	SBO影響			計器数	直後	SBO影響			
原子炉格納容器内の減圧及び除熱 事故時運転操作手順書 (「ヒビクラックアラーム」) [「CV 制御」] AM 設備別操作手順書 (「代替補償冷却系による 除熱-1」 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	①	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	1	0	①	2	1	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	②	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	1	0	②	2	1	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	③	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	③	3	3	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	④	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	④	3	3	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	⑤	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	⑤	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	⑥	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	⑥	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違







重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	事後 負荷切り離し後			計器数	事後 負荷切り離し後	
対処手段 異常時運転手順 （シビアアクシデント） （AM設置前運転手順） （AM設置後運転手順） （AM設置後運転手順による NPPのAMESLO操 縦）	原子炉格納容器の過圧破損	ドライアウト監視装置	2	2	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等

重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	事後 負荷切り離し後			計器数	事後 負荷切り離し後	
対処手段 異常時運転手順 （シビアアクシデント） （AM設置前運転手順） （AM設置後運転手順） （AM設置後運転手順による NPPのAMESLO操 縦）	原子炉格納容器の過圧破損	M/C 2C電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		P/C 2C電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		M/C 2D電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		P/C 2D電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		緊急用M/C電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		緊急用P/C電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		緊急用H1V主母線電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		緊急用H2V主母線電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		緊急用H3V主母線電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		緊急用H4V主母線電圧	1	1	③	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	事後 負荷切り離し後			計器数	事後 負荷切り離し後	
対処手段 異常時運転手順 （シビアアクシデント） （AM設置前運転手順） （AM設置後運転手順） （AM設置後運転手順による NPPのAMESLO操 縦）	原子炉格納容器の過圧破損	原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等
		原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	計器数	事後 負荷切り離し後	計器故障等

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO			
				計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後					
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電源が5分未満で停止する場合は、原子炉格納容器への冷却ガス供給を多様なバypass方式で確保する ①可搬型格納容器業者供給設備によるPCI電源供給	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測	2	1	0	①	-	-	エリア放射線モニタ	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉圧力	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉水位(圧力)	3	3	1	1	原子炉水位(圧力)の低下により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉水位(燃料)	2	2	0	0	原子炉水位(燃料)の低下により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
1.7.2.2 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2)交流電源が5分未満で停止する場合は、原子炉格納容器への冷却ガス供給を多様なバypass方式で確保する ②可搬型格納容器業者供給設備によるPCI電源供給	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測	2	1	0	①	-	-	原子炉圧力	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉水位(圧力)	3	3	1	1	原子炉水位(圧力)の低下により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉水位(燃料)	2	2	0	0	原子炉水位(燃料)の低下により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
1.7.2.3 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (3)交流電源が5分未満で停止する場合は、原子炉格納容器への冷却ガス供給を多様なバypass方式で確保する ③可搬型格納容器業者供給設備によるPCI電源供給	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測	3	3	3	①	-	-	原子炉格納容器入口温度	3	3	1	1	熱交換器入口温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉圧力	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉水位(圧力)	3	3	1	1	原子炉水位(圧力)の低下により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	SBO
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
非正常運転手 順書(シビ ブ) アラーム [除熱-1] 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測	①	原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの上昇より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉圧力	8	8	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位(圧力)	2	2	0	0	原子炉水位(圧力)の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位(燃料)	2	2	0	0	原子炉水位(燃料)の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉格納容器入口温度	3	3	1	1	熱交換器入口温度の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉圧力	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位(圧力)	3	3	1	1	原子炉水位(圧力)の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位(燃料)	2	2	0	0	原子炉水位(燃料)の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉格納容器入口温度	3	3	1	1	熱交換器入口温度の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉圧力	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損防止のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	SBO
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
非正常運転手 順書(シビ ブ) アラーム [除熱-2] 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測 原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線計測	①	原子炉格納容器内の放射線レベル	2	2	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベルの上昇より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉圧力	2	2	0	0	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位(圧力)	1	1	1	1	原子炉水位(圧力)の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位(燃料)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料)の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉格納容器入口温度	3	3	1	1	熱交換器入口温度の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉圧力	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位(圧力)	3	3	1	1	原子炉水位(圧力)の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉水位(燃料)	2	2	0	0	原子炉水位(燃料)の低下により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉格納容器入口温度	3	3	1	1	熱交換器入口温度の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			原子炉圧力	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の放射線レベルを推定し、放射線レベルより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	直後			直後	直後	
1.7.1.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 a. 格納容器圧力過剰防止装置による原子炉格納容器内の減圧及び冷却 (以て必要に応じて格納容器内の減圧及び冷却)	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	2	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
1.7.1.2 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 b. 格納容器圧力過剰防止装置による原子炉格納容器内の減圧及び冷却 (以て必要に応じて格納容器内の減圧及び冷却)	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	2	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
1.7.1.3 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 c. 格納容器圧力過剰防止装置による原子炉格納容器内の減圧及び冷却 (以て必要に応じて格納容器内の減圧及び冷却)	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	2	2	2	2	3	3	3	3	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
1.7.1.4 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 d. 格納容器圧力過剰防止装置による原子炉格納容器内の減圧及び冷却 (以て必要に応じて格納容器内の減圧及び冷却)	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	1	1	1	1	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認
1.7.1.5 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 e. 格納容器圧力過剰防止装置による原子炉格納容器内の減圧及び冷却 (以て必要に応じて格納容器内の減圧及び冷却)	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	原子炉格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却 格納容器内の減圧及び冷却	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認 監視事項は主要なパラメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	直後			直後	直後	
非常時運転手順書 III (シベリアアクシデント) 等 AM設備別操作手順書	最終セクタシベリアの確保	原子炉格納容器内の減圧及び冷却	フィルタ装置圧力	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			フィルタ装置水位	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	0	2	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	直後			直後	直後	
非常時運転手順書 III (シベリアアクシデント) 等 AM設備別操作手順書	最終セクタシベリアの確保	原子炉格納容器内の減圧及び冷却	サプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サプレッション・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価			
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO		
手動時運転手順書 (シフトアシスタント) (FCV制御) (R.B.制御) AM設備別操作手順書 (炉心閉鎖後FCVベント (フィルタベント) 用 (S/O)) (炉心閉鎖後FCVベント (フィルタベント) 用 (D/W))	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (D/W)	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	0	0	①	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	2	2	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	8	8	8	①	4	4	4	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価			
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO		
非常時運転手順書 (シフトアシスタント) (FCV制御) (R.B.制御) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (D/W)	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	0	0	①	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	2	2	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	8	8	8	①	4	4	4	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価			
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO		
非常時運転手順書 (シフトアシスタント) (FCV制御) (R.B.制御) AM設備別操作手順書 (R.H.A.K.による格納容器監視)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (D/W)	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	0	0	①	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	2	2	①	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	8	8	8	①	4	4	4	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				区分Ⅰ直電電源直後	区分Ⅱ直電電源直後			区分Ⅰ直電電源直後	区分Ⅱ直電電源直後		
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV初期	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバ・の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の異常から、格納容器内圧力(S)の異常により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバ・の温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・の温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書1F/C心動機後PCVベント(フィルタバント)使用(S/O)2F/C心動機後PCVベント(フィルタバント)使用(D/W)	補機監視機能	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	格納容器内圧力(S)の異常から、格納容器内圧力(S)の異常により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		フィルタ装置入口圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・の温度の上昇により代替監視可能	
フィルタ装置出口放射線モニタ	①	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S)の異常により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	①	2	2	①							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	負荷切り履し後			直後	負荷切り履し後	
非常時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV初期	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバ・の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の異常から、格納容器内圧力(S)の異常により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバ・の温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・の温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書	補機監視機能	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	格納容器内圧力(S)の異常から、格納容器内圧力(S)の異常により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		フィルタ装置入口圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・の温度の上昇により代替監視可能	
			2	2	①						

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	負荷切り履し後			直後	負荷切り履し後	
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV初期	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバ・の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の異常から、格納容器内圧力(S)の異常により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバ・の温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・の温度の上昇により代替監視可能	
AM設備別操作手順書	補機監視機能	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	格納容器内圧力(S)の異常から、格納容器内圧力(S)の異常により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		フィルタ装置入口圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・の温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・の温度の上昇により代替監視可能	
			2	2	①						

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	1	①	2	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	1	①	2	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の飽和状態にあると想定し、放射線レベル/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の飽和状態にあると想定し、放射線レベル/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置スタラッピング水補給	最終ヒーティングの確保	最終ヒーティング装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		最終ヒーティング装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	最終ヒーティングの確保	最終ヒーティング装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		最終ヒーティング装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	1	①	2	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	1	①	2	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の飽和状態にあると想定し、放射線レベル/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉水位から原子炉格納容器内の飽和状態にあると想定し、放射線レベル/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視装置の異常発生により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響		
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント停止後のNバーズ】	機械監視機能	フィルタ設置水流速度	2	2	①	2	2	原子炉格納容器内の水流速度変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			フィルタ設置入口圧力	1	1	①	1	1	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ設置スクラバ水回調】	機械監視機能	フィルタ設置スクラバ水回	1	1	①	2	2	必要な調子が確保されていることを、フィルタ設置スクラバ水位の水位変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			フィルタ設置水位	2	2	①	2	2	
多様なハザード対応 手順 【ドレン移送ラインNバーズ】	機械監視機能	ドレン移送ライン圧力	③	③					-
			ドレンタンク水位	③					
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜き】	機械監視機能	ドレンタンク水位	③	③					-
			フィルタ設置ドレン移送流量	③					

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響		
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			ドライウエル圧力	8	8	①	ドライウエル蒸気温度 【ドライウエル圧力】	2	0	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			ドライウエル蒸気温度	8	8	①	ドライウエル蒸気温度 【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	0	
原子炉格納容器内の水流速度	原子炉格納容器内の水流速度	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力	3	3	温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	①	サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	②	サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響		
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	①	サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	
原子炉格納容器内の水流速度	原子炉格納容器内の水流速度	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力	3	3	温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器設備等	SR0	
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		ドライウェル蒸気温度	8	8	①	ドライウェル蒸気温度	1	1	格納容器内圧力との関係から、ドライウェル蒸気温度により格納容器内圧力の監視が可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	3	3	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により格納容器内圧力の監視が可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	0	①	格納容器内水蒸気温度	2	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	0	②	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	0	①	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	0	①	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	0	①	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	2	0	①	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器設備等	SR0	
AM設備別操作手順書 「取出」 原子炉格納容器内圧力 監視	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力 (S/A)	2	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ圧力 (S/A)	2	2	①	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ蒸気温度 (S/A)	2	2	①	サブプレッション・チェンバ蒸気温度 (S/A)	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により格納容器内圧力の監視が可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度	1	0	①	格納容器内水蒸気温度	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	0	①	格納容器内水蒸気温度	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	0	②	格納容器内水蒸気温度	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	0	①	格納容器内水蒸気温度	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	0	①	格納容器内水蒸気温度	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	0	①	格納容器内水蒸気温度	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気温度 (S/A)	1	0	①	格納容器内水蒸気温度	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温度(常時計測)により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



**重大事故等対処に係る監視事項**

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	対応手段	分類	計器名称	計器数			SBO影響			出番名称	出番数			評価
				計器数	負荷切り離し後	バウメータ	直後	負荷切り離し後	直後		計器数	直後	負荷切り離し後	
1.7.1 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 (1) 原子炉格納容器内の監視 (2) 原子炉格納容器内の監視	監視計器の監視 (シフト) アクション 原子炉格納容器内の監視 監視計器の監視 (シフト) アクション	原子炉格納容器内の監視 監視計器の監視	格納容器内放射線モニタ (サブ システム) 格納容器内放射線モニタ (サブ システム) 格納容器内放射線モニタ (サブ システム)	1	0	0	1	0	0	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	0	0
				1	0	0	1	0	0	1	0	0	1	0
1.7.2 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 (1) 原子炉格納容器内の監視 (2) 原子炉格納容器内の監視	監視計器の監視 (シフト) アクション 原子炉格納容器内の監視 監視計器の監視 (シフト) アクション	原子炉格納容器内の監視 監視計器の監視	格納容器内放射線モニタ (サブ システム) 格納容器内放射線モニタ (サブ システム) 格納容器内放射線モニタ (サブ システム)	1	0	0	1	0	0	格納容器内放射線モニタ (S/A)	1	0	0	0
				1	0	0	1	0	0	1	0	0	1	0

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後		SBO影響 負荷切り離し後
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより抽出パラメータにて確認	
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	
			2	2	2	サブレーション・プールの温度	3	3	3	サブレーション・プールの温度、ドラワイヴェル雰囲気温度、サブレーション・チェンバール雰囲気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	項目	分類		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより抽出パラメータにて確認					
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能					
			2	2	2	サブレーション・プールの温度	3	3	3	サブレーション・プールの温度、ドラワイヴェル雰囲気温度、サブレーション・チェンバール雰囲気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能					

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ										評価			
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器								
		計器名称	SBO影響 直後	負荷切り離し後	ハバメータ 分類	補助ハバメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	SBO影響 直後		計器故障等		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び再熱 (f) フィルタ装置スクラビング水移送	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
操作	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	①	-	-	-	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器										抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器										
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	ハバメータ 分類	補助ハバメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	SBO影響 直後	計器故障等				
事故時操作要領書(シビアアクシデント)「EchU」AM設備の操作要領書「FVS」(最終移動弁開閉作)による格納容器への注水	異常	C-メータラジエータ電圧	1	1	1	③	非常用メータラジエータの受電状態を確認するハバメータ	抽出パラメータ 分岐理由	1	1	1	1	1	1	-	-	SBO
		D-メータラジエータ電圧	1	1	1	③	非常用メータラジエータの受電状態を確認するハバメータ		1	1	1	1	1	1	-	-	
		C-ロードセンタ電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電状態を確認するハバメータ		1	1	1	1	1	1	-	-	
		D-ロードセンタ電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電状態を確認するハバメータ		1	1	1	1	1	1	-	-	
		緊急用メータラジエータ電圧	1	1	1	③	緊急用メータラジエータの受電状態を確認するハバメータ		1	1	1	1	1	1	-	-	
		SA-ロードセンタ電圧	1	1	1	③	緊急用ロードセンタの受電状態を確認するハバメータ		1	1	1	1	1	1	-	-	
		格納容器内部放射線モニタ(ドライウエル)	2	2	2	1	①	-	【エア放射線モニタ】	18	0	0	0	0	0	エア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内部放射線モニタ(サブプレッション・プレナム)	2	2	2	1	①	-	【エア放射線モニタ】	18	0	0	0	0	0	エア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線量	1	0	0	0	①	-	静的熱媒式水素処理装置入口温度	2	2	2	2	2	2	静的熱媒式水素処理装置入口温度及び動的熱媒式水素処理装置の温度変化により原子炉格納容器内の放射線量を確認可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	0	①	-	動的熱媒式水素処理装置入口温度	2	2	2	2	2	2	動的熱媒式水素処理装置入口温度及び動的熱媒式水素処理装置の温度変化により原子炉格納容器内の放射線量を確認可能	監視事項は主要パラメータにて確認

設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン ト)「放出」 AM設備別操作手順書	補機監視機能	薬液タンク圧力	1	1	1	1	③	③	-	-	-
			補機監視機能	1	1	1	1	③	③	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	SBO影響		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後				抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類			直後	負荷切り離し後
手動の操作要領書(シビアアクシデン)「放出」 AM設備別操作要領書(TCS: 島根原子力発電所)「放出」による格納容器への注水	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル温度(SA)	7	7	7	①	①	①	2	2	計器故障等	計器故障等		
		サブプレッション・チェンバール温度(SA)	2	2	2	①	①	①	2	2	計器故障等	計器故障等		
		サブプレッション・チェンバール温度(SA)	2	2	2	①	①	①	2	2	計器故障等	計器故障等		
		サブプレッション・チェンバール温度(SA)	2	2	2	①	①	①	2	2	計器故障等	計器故障等		
注水	注水の温度	注水の温度	8	8	8	①	①	①	2	2	計器故障等	計器故障等		
		注水の温度	4	4	4	①	①	①	2	2	計器故障等	計器故障等		
		注水の温度	4	4	4	①	①	①	2	2	計器故障等	計器故障等		

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プールの水位	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流速 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速 (可動ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流速 (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水流速	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流速、低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量及び低圧代替注水系統格納容器下部注水流速の注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	代替格納容器水位 西側格納容器水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル圧力	1	1	1	代替格納容器水位、西側格納容器水位、設備水位の水位変化より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 ドライウエル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・プールの温度の温度変化によるサブプレッション・チェンバ等雰囲気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ等雰囲気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ等雰囲気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ等雰囲気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ等雰囲気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ等雰囲気温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 離脱III (シビアアク シデント) (除熱-1J) 等 AM設備別操 作手順書 別 様 基 準 (3/ 2)	電源	M/C 2 C電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		P/C 2 C電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		M/C 2 D電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		P/C 2 D電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 D電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	③	-	-	-	-	

①：直観監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器数	直後   負荷切り離し後			
緊急時運転手 離脱III (シビアアク シデント) (除熱-1J) 等 AM設備別操 作手順書 別 様 基 準 (3/ 2)	電源	ドライウエル圧力 (S A)	2	2	①	-	-	具体的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		サブプレッション・チェンネル圧力 (S A)	2	2	①	-	-	格納容器/圧力の関係から、ドライウエル温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンネル温度 (S A) により代替監視可能	
		サブプレッション・チェンネル圧力 (S A)	2	2	①	-	-	格納容器/圧力の関係から、サブプレッション・チェンネル温度 (S A) により代替監視可能	
		格納容器本流温度 (S A)	1	0	0	0	0	原子炉格納容器内の本流温度変化により代替監視可能	
		サブプレッション・チェンネル圧力 (S A)	2	2	①	-	-	具体的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		ドライウエル圧力 (S A)	2	2	①	-	-	格納容器/圧力の関係から、ドライウエル温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンネル温度 (S A) により代替監視可能	
		サブプレッション・チェンネル圧力 (S A)	2	2	①	-	-	格納容器/圧力の関係から、サブプレッション・チェンネル温度 (S A) により代替監視可能	
		格納容器本流温度 (S A)	1	0	0	0	0	原子炉格納容器内の本流温度変化により代替監視可能	
		サブプレッション・チェンネル圧力 (S A)	2	2	①	-	-	具体的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		ドライウエル圧力 (S A)	2	2	①	-	-	格納容器/圧力の関係から、ドライウエル温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンネル温度 (S A) により代替監視可能	

①：直観監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	SBO影響			評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後			負荷切り離し後	計器故障等			
対応手段 非常時運転手 操作(シフト) アラーム等 #操熱-1J 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線 モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉建 屋内の水 素濃度	格納容器雰囲気放射線 モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
操作 (- 3)	原子炉格 納容器内 の水 位	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	SBO影響			評価
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後			負荷切り離し後	計器故障等		
異常警報 アラーム等 #操熱-1J 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水 位	原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建 屋内の水 位	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドア ン「燃熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル雰囲気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	1	①	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	①	ドライウエル圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気温 度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	2	2	2	①	サブプレッション・プ ール水温度	3	3	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドア ン「燃熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・プ ール水温度	3	3	3	①	サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	2	2	サブプレッション・プ ール水温度の 温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・プ ール水温度	1	1	1	①	サブプレッション・プ ール水温度	1	1	直接的に原子炉格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドア ン「燃熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力(S A)	2	2	①	-	サブプレッション・チェ ンバ圧力(S A)	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェ ンバ圧力(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	2	2	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ雰囲気温 度の代替監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドア ン「燃熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	1	0	①	-	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	1	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	1	0	①	-	サブプレッション・プ ール水温度(SA)	1	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測す ることができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	内容	抽出パラメータを監視する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価										
		計器数	直後	異常切り直し後	パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器名称	計器数	直後	異常切り直し後	計器設備等	SSD								
対応手段 事故時操作要綱書（シビア 7（抜出）） 原子炉格納容器監視手 続（抜出） 原子炉格納容器監視手続 用した格納容器の異常発生 監視	原子炉格納 容器監視 装置	1	0	0	③	—	格納容器破砕装置 （格納容器破砕装置）	1	0	0	格納容器破砕装置	1	0	0	直線的に格納容器内破砕装置を計測すること で、監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認				
		1	0	0			格納容器内気圧検出器モニタ（ドラ イワエル）	2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（ドラ イワエル）又は 格納容器内気圧検出器モニタの 代替監視可能。	2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（ドラ イワエル）又は 格納容器内気圧検出器モニタの 代替監視可能。					
		1	0	0			格納容器内気圧検出器モニタ（サブ レクション・チェンバ）	2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（サブ レクション・チェンバ）の 代替監視可能。	2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（サブ レクション・チェンバ）の 代替監視可能。					
		2	2	2			ドライワエル圧力（SA）	2	2	2	ドライワエル圧力（SA）又はサブレクション・ チェンバ圧力（SA）により、格納容器内 の異常を監視可能。	2	2	2	ドライワエル圧力（SA）又はサブレクション・ チェンバ圧力（SA）により、格納容器内 の異常を監視可能。					
		2	2	2			サブレクション・チェンバ圧力（S A）	2	2	2	サブレクション・チェンバ圧力（S A）の代替監視可能。	2	2	2	サブレクション・チェンバ圧力（S A）の代替監視可能。					
		1	0	0			格納容器破砕装置	1	0	0	格納容器破砕装置	1	0	0	格納容器破砕装置		1	0	0	直線的に格納容器内破砕装置を計測すること で、監視可能。
		2	2	2			格納容器内気圧検出器モニタ（ドラ イワエル）	2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（ドラ イワエル）又は 格納容器内気圧検出器モニタの 代替監視可能。	2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（ドラ イワエル）又は 格納容器内気圧検出器モニタの 代替監視可能。		2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（ドラ イワエル）又は 格納容器内気圧検出器モニタの 代替監視可能。
		2	2	2			格納容器内気圧検出器モニタ（サブ レクション・チェンバ）	2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（サブ レクション・チェンバ）の 代替監視可能。	2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（サブ レクション・チェンバ）の 代替監視可能。		2	2	2	格納容器内気圧検出器モニタ（サブ レクション・チェンバ）の 代替監視可能。
		2	2	2			ドライワエル圧力（SA）	2	2	2	ドライワエル圧力（SA）又はサブレクション・ チェンバ圧力（SA）により、格納容器内 の異常を監視可能。	2	2	2	ドライワエル圧力（SA）又はサブレクション・ チェンバ圧力（SA）により、格納容器内 の異常を監視可能。		2	2	2	ドライワエル圧力（SA）又はサブレクション・ チェンバ圧力（SA）により、格納容器内 の異常を監視可能。
		2	2	2			サブレクション・チェンバ圧力（S A）	2	2	2	サブレクション・チェンバ圧力（S A）の代替監視可能。	2	2	2	サブレクション・チェンバ圧力（S A）の代替監視可能。		2	2	2	サブレクション・チェンバ圧力（S A）の代替監視可能。

・設備の相違  
**【柏崎6/7，東海第二】**  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデント)「除熱-1」等AM設備別操作手順書 最終レビューの確保 ③/③	最終レビューの確保 ③/③	フィルタ装置スクラビ	1	1	①	フィルタ装置スクラビ温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビ温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置スクラビ	1	1	①	ドライウェル圧力	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器逃がし装置の健全性を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	2	2	①	サプレッション・チェンバースクラビ	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	格納容器内水素濃度(S.A)	2	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

設備の相違  
 【柏崎 6/7，東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価																
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り履し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り履し後																	
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交直流力電機停止後の対応手順 a. 格納容器圧力低下し、蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現地操作) b. 第二弁操作室の圧任化	非常運転転手 手順III (シビアアクシデント) 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2					
	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2			
	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2			
	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価
	分類	計器名称	計器数	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	パラメータ 分類	
対応手段 非常時運転手 明瞭III(シビ アアクシデン ト) (除熱-1) 等 AM設置別機 作手順書									
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン非常用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン監視用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	判断基準(2)(2)					代替注水貯槽水位、西側淡水貯槽設備水位の水位変化より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能 ドライウェル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	8	①	-	サブプレッション・チェンバ温度 サブプレッション・チェンバ温度	3 3	3 3	サブプレッション・チェンバ温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・プール温度	3	①	-	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	サブプレッション・チェンバ温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：補助パラメータ

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシオン 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	1	1	
操作	補機監視 機能	第二弁操作差圧 空気ポンベ ユニット空 気供給流量	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	抽出パラメータ	パラメータ分類	補助パラメータ	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) AM設備明瞭作手順書 (c) フィルタ装置スクラビング水補給	最終ヒーティングの確保	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	最終ヒーティングの確保	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	
1.7.0.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 交差動力燃焼試験中である場合の対応手順 a. 格納容器圧力急がし試験による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現操操作) (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換 AM設置別編 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	①	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ ン雰囲気温度	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内水素濃度を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		格納容器内水素濃度	2	0	0	②	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内水素濃度を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ		計器名称		監視パラメータ	監視項目は抽出パラメータにて確認		
		計器数	距離	計器数	距離	計器数	距離		計器数	距離	パラメータ				計器名称	
											パラメータ	種類			計器名称	監視項目
社会手続 NIA(国際引渡) 作手続	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	①	-	ドライウェル圧力	サブプレッション・チェンバ	ドライウェル圧力	ドライウェル圧力	監視項目は抽出パラメータにて確認				
		1	1	1	1	①	-	【ドライウェル圧力】	ドライウェル圧力	ドライウェル圧力	監視項目は抽出パラメータにて確認					
		1	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	監視項目は抽出パラメータにて確認					
		1	1	1	1	①	-	【サブプレッション・チェンバ圧力】	サブプレッション・チェンバ圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	監視項目は抽出パラメータにて確認					
	原子炉格納容器内の温度	8	8	8	8	①	-	ドライウェル管内温度	ドライウェル管内温度	ドライウェル管内温度	監視項目は抽出パラメータにて確認					
		2	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ管内温度	サブプレッション・チェンバ管内温度	サブプレッション・チェンバ管内温度	監視項目は抽出パラメータにて確認					
		2	2	2	2	①	-	【サブプレッション・チェンバ管内温度】	サブプレッション・チェンバ管内温度	サブプレッション・チェンバ管内温度	監視項目は抽出パラメータにて確認					
		2	2	2	2	②	-	【格納容器内水素濃度】	格納容器内水素濃度	格納容器内水素濃度	監視項目は抽出パラメータにて確認					
	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	0	0	①	-	格納容器内水素濃度	格納容器内水素濃度	格納容器内水素濃度	監視項目は抽出パラメータにて確認					
		2	0	0	0	②	-	【格納容器内水素濃度】	格納容器内水素濃度	格納容器内水素濃度	監視項目は抽出パラメータにて確認					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価			
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	残留熱除去系系流量	2	0	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		代替循環冷却系格納容 器スプレイ流量	2	2	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐出圧 力 サブプレッジョン・プールの水温 度 ドラウアウトセル雰囲気温度 サブプレッジョン・チェンバ ン雰囲気温度	2 2 3 8 2	2 2 3 8 2	ポンプの吐出圧力からポンプの注 水特性を用いて流量を推定し、こ の流量と代替循環冷却系原子炉注 入流量の差分から格納容器スプレ イ流量を代替監視可能 サブプレッジョン・プール水温度、 ドラウアウトセル雰囲気温度、サブプレ ッジョン・チェンバン雰囲気温度に より最終ヒーートシンクが確保され ていることを代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後【負荷切り直し後】	計器数	直後【負荷切り直し後】		
1.7.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全炉稼働時監視装置の稼働確認 (3) 全炉稼働時監視装置の稼働確認 (4) 全炉稼働時監視装置の稼働確認 (5) 全炉稼働時監視装置の稼働確認 (6) フィルタ装置内の不活性ガス(窒素)置換	原子炉格納容器内の過圧	ドライウエルの圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	サブプレッション・チェンバの圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	①	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱(現場操作) (f) フィルタ装置スクラビング水移送 AM設備別操 作手順書	制御系 基準 律	フィルタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	①	-	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィル タ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-	-
操作	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	①	-	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィル タ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置入口水素 濃度	2	0	0	①	-	2	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化 により代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後				
1.8.2.1 原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM設備別操作手順書 (注水-3 b) AM設備別操作手順書 (注水-3 c)	原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順	原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/C)	2	1	0	0	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(D/W)	2	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/W)	2	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/B)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/D)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/E)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/F)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/G)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/H)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後				
1.8.2.1 ベンダスタル(ドライウエル部)の床面に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 (1) ベンダスタル(ドライウエル部)への注水 a. 格納容器下部注水系(常設)によるベンダスタル(ドライウエル部)への注水 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM設備別操作手順書 (注水-3 b) AM設備別操作手順書 (注水-3 c)	原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/C)	原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(D/W)	2	2	0	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/W)	2	2	0	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/A)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/B)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/D)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/E)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/F)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/G)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/H)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/I)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後				
1.8.2.1 ベンダスタル内に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 (1) ベンダスタル(ドライウエル部)への注水 a. ベンダスタル注水系(常設)によるベンダスタル内への注水 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM設備別操作手順書 (注水-3 b) AM設備別操作手順書 (注水-3 c)	原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/C)	原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(D/W)	2	2	0	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/W)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/A)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/B)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/D)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/E)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/F)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/G)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/H)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内空筒気放熱線モニタ(S/I)	2	2	0	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線モニタを計測することができ、監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			計器数	直後			
対処手段 事故特選機動作手順書 (シビアアクシデント) [「PW制御」] AM設備別操作手順書 [「MPC」による下部D/W 注水]	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			計器数	直後			
対処手段 非常警報機動作 手順書 (シビアアクシデント) [「注水-3」] AM設備別操作 手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			計器数	直後			
対処手段 事故特選機動作 手順書 (シビアアクシデント) [「注水-3」] AM設備別操作 手順書 [「APFS」(常設)による ベガスから注水]	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要小 断パラメータにて確認	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違







重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 (シニアオペレーター) の指示による下部冷却 (注水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	ドライウエル温度	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション温度	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 (シニアオペレーター) の指示による下部冷却 (注水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	ドライウエル圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	8	8	8	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	0	0	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	0	0	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	8	8	8	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 (シニアオペレーター) の指示による下部冷却 (注水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	ドライウエル圧力	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション・チェンバースプレッション圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認



重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO	
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を発生した場合 を発生した場合		計器名称	計器数			SBO影響 区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を発生した場合 を発生した場合
運転時監視 AM設備別操作手順書 「燃料車による下部 注水」 AM設備別操作手順書 「燃料車による注水 (プアリ初期)」	原子炉圧力 格納容器内の圧力	原子炉圧力	3	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉圧力 格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO		
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を発生した場合 を発生した場合		計器名称	計器数			SBO影響 区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を発生した場合 を発生した場合	
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-3 」等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3 / 3)	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	①	低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッシャ・チェンバ ーの気圧	3	3	①	サブプレッシャ・チェンバ ーの気圧	3	3	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッシャ・チェンバ ーの気圧	3	3	①	サブプレッシャ・チェンバ ーの気圧	3	3	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッシャ・チェンバ ーの気圧	3	3	①	サブプレッシャ・チェンバ ーの気圧	3	3	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

島根原子力発電所 2号炉

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO		
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を発生した場合 を発生した場合		計器名称	計器数			SBO影響 区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を発生した場合 を発生した場合	
AM設備別操作 手順書 「注水-3」 AM設備別操作 手順書 「注水-3」 AM設備別操作 手順書 「注水-3」	原子炉水位 格納容器内の圧力	原子炉水位 (燃料域)	1	0	①	原子炉水位 (燃料域)	1	0	0	監視事項は主要な パラメータにて確認	
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認

備考  
 ・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直電電源 を延長した場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直電電源 を延長した場合	
非常時運転操作手順書 (シニアアクション) 「炉内監視」 AM時監視操作手順書 「炉内監視」による下部 多様なハザード対応手 順 「炉内監視」による取水 (サブリッド)	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能 直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	2	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
非常時運転操作手順書 (シニアアクション) 「炉内監視」 AM時監視操作手順書 「炉内監視」による下部 多様なハザード対応手 順 「炉内監視」による取水 (サブリッド)	格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
非常時運転操作手順書 (シニアアクション) 「炉内監視」 AM時監視操作手順書 「炉内監視」による下部 多様なハザード対応手 順 「炉内監視」による取水 (サブリッド)	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器内放射線量率 (D/W)	2	2	2	格納容器内放射線量率 (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量率を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内放射線量率 (D/W)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線量率 (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量率を計測することができ、監視可能
非常時運転操作手順書 (シニアアクション) 「炉内監視」 AM時監視操作手順書 「炉内監視」による下部 多様なハザード対応手 順 「炉内監視」による取水 (サブリッド)	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器内放射線量率 (S/C)	4	4	4	格納容器内放射線量率 (S/C)	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量率を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内放射線量率 (S/C)	4	4	4	4	原子炉格納容器内放射線量率 (S/C)	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量率を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
非常時運転操作手順書 (シニアアクション) 「炉内監視」 AM時監視操作手順書 「炉内監視」による下部 多様なハザード対応手 順 「炉内監視」による取水 (サブリッド)	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器内放射線量率 (SA)	2	2	2	格納容器内放射線量率 (SA)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量率を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内放射線量率 (SA)	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線量率 (SA)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量率を計測することができ、監視可能
非常時運転操作手順書 (シニアアクション) 「炉内監視」 AM時監視操作手順書 「炉内監視」による下部 多様なハザード対応手 順 「炉内監視」による取水 (サブリッド)	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器内放射線量率 (SA)	7	7	7	格納容器内放射線量率 (SA)	7	7	7	直接的に格納容器内放射線量率を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内放射線量率 (SA)	7	7	7	7	原子炉格納容器内放射線量率 (SA)	7	7	7	直接的に格納容器内放射線量率を計測することができ、監視可能

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を延命した場合は 区分別直流電源 を延命した場合		計器数	SBO影響 区分1 直流電源 を延命した場合は 区分別直流電源 を延命した場合					
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント [RPV制御])	原子炉格納容器下部の温度	ドライウエル蒸気温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(SIC)	1	1	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ックアップにて確認 フレームにて確認
		サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	①	1	1	格納容器内圧力(SIC)	1	1	サブプレッション・チェンバ・プ ール水温度の上昇により代替監視 フレームにて確認	
多様なハザード対応手 順 「閉防扉による送水 (デブリ冷却)」	原子炉格納容器下部水位	サブプレッション・チェンバ の水位	3	3	①	3	3	格納容器内圧力(SIC)	3	0	サブプレッション・チェンバ・プ ール水温度の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ックアップにて確認 フレームにて確認
		原子炉格納容器下部水位	3	3	①	3	3	格納容器内圧力(SIC)	3	0	サブプレッション・チェンバ・プ ール水温度の上昇により代替監視 フレームにて確認	
機械監視 力 「緊急時対策本部」に出 発	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	1	1	格納容器内圧力(SIC)	1	1	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ックアップにて確認 フレームにて確認
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	1	1	格納容器内圧力(SIC)	1	1	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 フレームにて確認	
天源の備 保	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位	3	3	①	3	3	格納容器内圧力(SIC)	3	3	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 フレームにて確認	監視事項は主要バ ックアップにて確認 フレームにて確認
		原子炉格納容器下部水位	3	3	①	3	3	格納容器内圧力(SIC)	3	3	格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 フレームにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後					
非常時運転手 順書 (シビアアクシデ ント [注水-3 a]等) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流量と加熱除去に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 が可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (標準域)	2	2	①	2	2	原子炉水位 (標準域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流量と加熱除去に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
判 断 書 (2 / 4)	原子炉圧力 容器内 の水位	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	①	1	1	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ の水位より原子炉圧力容器の満 水を確認可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力 (標準域)	1	1	①	1	1	原子炉圧力 (標準域)	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ の水位より原子炉圧力容器の満 水を確認可能	
AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流量と加熱除去に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 が可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (標準域)	2	2	①	2	2	原子炉水位 (標準域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流量と加熱除去に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 が可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後					
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデ ント [注水-3a] [注水-3b] AM設備別操 作手順書 [A.P.E.S. (常設)]による ベガスタル注水)	原子炉格納容 器下部の注水 量	ベガスタル水位	1	1	①	1	1	ベガスタル水位 (常設)	1	1	ベガスタルへ注水している系の注水流量より代替 監視可能	監視事項は主要バ ックアップにて確認
		ベガスタル注水流量	2	2	①	2	2	ベガスタル注水流量	2	2	ベガスタルへ注水している系の注水流量より代替 監視可能	
機 作 (2 / 3)	原子炉格納容 器下部の注水 量	ベガスタル水位	1	1	①	1	1	ベガスタル水位 (常設)	1	1	ベガスタルへ注水している系の注水流量より代替 監視可能	監視事項は主要バ ックアップにて確認
		ベガスタル注水流量	2	2	①	2	2	ベガスタル注水流量	2	2	ベガスタルへ注水している系の注水流量より代替 監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	①重要監視パラメータを計測する計器				②補助パラメータ				計器名称	計器数	直後	異常発生後	SBO
		分類	計器名称	計器数	直後	異常発生後	補助パラメータ	分類理由	計器名称					
監視の操作要領書 (シビアアクシデント) [注水-3.8] [注水-3.9] AMC設備別操作要領書 (注水-3.8)による ベアムタの注水]	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	補機監視機能	低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	2	2	2	①	—	代替注水流量 (常設)	1	1	1	—	低圧原子炉代替注水流量を水面上とする装置のうち、運転 している系統の注水量より復元貯蔵槽水位の代替監視 可能
		本機の監視	低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	1	1	1	①	—	原子炉水位 (常設) 原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	—	低圧原子炉代替注水流量を水面上とする装置のうち、運転 している系統の注水量より復元貯蔵槽水位の代替監視 可能
									原子炉水位 (S A)	1	1	1	—	注水先の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注 水ポンプ水位の代替監視可能
									サブプレッシャー・ブーム水 位 (S A)	1	1	1	—	監視事項は主要パラ メータにて確認
									低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	2	0	0	—	低圧原子炉代替注水流量を水面上とする低圧原子炉代替注 水ポンプ出口圧力により、低圧原子炉代替注水ポンプ が稼働されていることを監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違