

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 有効性評価から抽出
 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

種別	計器名称	抽出バスターメータを監視する計器			抽出バスターメータの代替バスターメータを監視する計器			計器数	計器名称	種別バスターメータ 分類	相違理由	計器数		計器名称	計器位置	相違理由	SBO	
		計器数	計器位置	計器数	計器位置													
2.2 高圧注水・減圧機能喪失	高圧注水系統 (低圧日本側) による 原子炉注水	原子炉水位 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉水位 (S/A)	高圧注水系統 (低圧日本側)	原子炉水位 (S/A)	1	1	原子炉水位 (S/A)	1	1	高圧注水系統 (低圧日本側) による原子炉水位 (S/A) の監視は、低圧注水系統 (低圧日本側) による原子炉水位 (S/A) の監視に代わる。	1
		高圧注水流量 (S/A)	1	1	①	1	①	1	高圧注水流量 (S/A)	高圧注水系統 (低圧日本側)	高圧注水流量 (S/A)	1	1	高圧注水流量 (S/A)	1	1	高圧注水流量 (S/A) の監視は、高圧注水系統 (低圧日本側) による高圧注水流量 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ駆動電圧 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ駆動電圧 (S/A)	原子炉注水ポンプ駆動電圧 (S/A)	原子炉注水ポンプ駆動電圧 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ駆動電圧 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ駆動電圧 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ駆動電圧 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ回転数 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ回転数 (S/A)	原子炉注水ポンプ回転数 (S/A)	原子炉注水ポンプ回転数 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ回転数 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ回転数 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ回転数 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ電圧 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ電圧 (S/A)	原子炉注水ポンプ電圧 (S/A)	原子炉注水ポンプ電圧 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ電圧 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ電圧 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ電圧 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ電流 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ電流 (S/A)	原子炉注水ポンプ電流 (S/A)	原子炉注水ポンプ電流 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ電流 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ電流 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ電流 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視に代わる。	1
		原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	①	1	①	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A)	1	1	原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視は、原子炉注水ポンプ出力 (S/A) の監視に代わる。	1

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 有効性評価から抽出
 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

対応手段 機組系統五系(原子炉停止時冷卻系一) 炉 運転	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			計器			備考	
	計器数	負荷切り直し後 直後	パワメータ 分類	補助パワメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後 直後	SRD 計器		
2.2 高圧注水・減圧機能喪失	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直後は原子炉圧力計測室内の圧力を計測することで行 き、監視可能	
		2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (標準域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力計測室内の飽和状態にあると き、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力計測 室内より代替監視可能	
		1	1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直後は原子炉圧力計測室内の圧力を計測することで行 き、監視可能	
		2	2	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直後は原子炉圧力計測室内の圧力を計測することで行 き、監視可能	
	機組断給ポンプ出口流量	3	0	0	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (標準域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力計測室内の飽和状態にあると き、監視可能 機組断給ポンプ出口流量と原子炉水位の変化より代替 監視可能
		2	2	2	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	直後は原子炉圧力計測室内の圧力を計測することで行 き、監視可能
		2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直後は原子炉圧力計測室内の圧力を計測することで行 き、監視可能
	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直後は原子炉圧力計測室内の圧力を計測することで行 き、監視可能	
	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直後は原子炉圧力計測室内の圧力を計測することで行 き、監視可能	
	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直後は原子炉圧力計測室内の圧力を計測することで行 き、監視可能	

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)

対応手段	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 分類理由	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
		計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後					
全交流動力電源喪失及び原子炉システム確認による原子炉停止	平均出力領域モニタ	4	1	①	-	10	3	2	10	3	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		10	3	①	-	4	1	1	4	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	0	2	2	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	0	2	2	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	0	2	2	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	0	2	2	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	0	2	2	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	0	2	2	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	0	2	2	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	0	2	2	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視可能。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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T.B)

対応手段	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 分類理由	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
		計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後					
原子炉隔離時冷却系による原子炉停止(1/2)	平均出力領域計器	2	0	①	-	8	8	0	8	8	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		8	0	①	-	2	2	0	2	2	0	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による原子炉停止(1/2)	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	-	2	2	1	2	2	1	監視事項は抽出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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T.B)

対応手段	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 分類理由	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
		計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後					
原子炉隔離時冷却系による原子炉停止	平均出力領域計器	6	0	①	-	4	0	0	4	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		2	2	①	-	1	1	0	1	1	0	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】
有効性評価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

2.3 全交流動力力電源喪失
2.3.1 全交流動力力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)

対応手段	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	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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	
燃料冷却系圧力低下による原子炉停炉 監視装置	燃料冷却器内圧力(SiO)	1	1	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	1	1	直接的に原子炉冷却器内の圧力を計測することができ、監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	燃料冷却器内圧力(SiO)の異常から、ドライラムの異常高圧状態を監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	燃料冷却器内圧力(SiO)の異常から、ドライラムの異常高圧状態を監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	1	1	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	1	1	直接的に原子炉冷却器内の圧力を計測することができ、監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	1	1	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	1	1	直接的に原子炉冷却器内の圧力を計測することができ、監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	燃料冷却器内圧力(SiO)の異常から、ドライラムの異常高圧状態を監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	燃料冷却器内圧力(SiO)の異常から、ドライラムの異常高圧状態を監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	燃料冷却器内圧力(SiO)の異常から、ドライラムの異常高圧状態を監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	燃料冷却器内圧力(SiO)の異常から、ドライラムの異常高圧状態を監視可能
	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	燃料冷却器内圧力(SiO)の異常から、ドライラムの異常高圧状態を監視可能
燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	①	-	燃料冷却器内圧力(SiO)	2	2	燃料冷却器内圧力(SiO)の異常から、ドライラムの異常高圧状態を監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力力電源喪失
2.3.1 全交流動力力電源喪失(長期TB)

対応手段	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	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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	
直流電源負荷切離し 低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水準備 透がし安全弁による原子炉急速減圧	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力力電源喪失
2.3.1 全交流動力力電源喪失(長期TB)

対応手段	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	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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	
透がし安全弁による原子炉急速減圧	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)

対応手段	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	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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器故障等	SBO
廃熱除去系(核種貯留スプレイ貯留キャピタリ)による原子炉冷却器廃熱	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	①	-	サブプレッション・チェンバ・プール水位	1	1	1	水源であるサブプレッション・チェンバ・プール水位の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水系統流量	3	1	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	1	廃熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	廃熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
核種貯留内圧力(D/W)	核種貯留内圧力(S/C)	1	1	①	核種貯留内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉核種貯留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
	ドライウエル雰囲気温度	2	2	①	核種貯留内圧力(D/W)	2	2	2	核種貯留内圧力(D/W)の傾向から、ドライウエルの雰囲気温度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
核種貯留内圧力(S/C)	核種貯留内圧力(S/C)	1	1	①	核種貯留内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉核種貯留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
	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	3	3	核種貯留内圧力(S/C)の傾向から、サブプレッション・チェンバ・プール水位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
ドライウエル雰囲気温度	ドライウエル雰囲気温度	2	2	①	核種貯留内圧力(S/C)	2	2	2	核種貯留内圧力(S/C)の傾向から、ドライウエル雰囲気温度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・プール水位	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	3	3	核種貯留内圧力(S/C)の傾向から、サブプレッション・チェンバ・プール水位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・プール水位	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	3	3	直接的に原子炉核種貯留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
	サブプレッション・チェンバ・プール水位	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・プール水位	1	1	1	直接的に原子炉核種貯留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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失

2.3.1 全交流動力電源喪失(長期TB)

対応手段	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	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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO影響	SBO		
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水(2/2)	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水(2/2)	2	2	①	-	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉注水容器内の水位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
						原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	1	1	監視可能	
						高圧代替注水系統流量	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統流量	3	3	0	0		
						残留熱除去系統流量	3	3	0	0		
						低圧代替注水系統流量	1	1	0	0		
						原子炉圧力	2	2	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・プールの差圧から原子炉注水容器の満水を確認可能	
						サブプレッション・チェンバ・プール水位	1	1	1	1	原子炉注水容器の水位変化より、低圧代替注水系統より注水流量の代替監視可能	
						西側注水貯留水位	1	1	1	1	西側注水貯留水位、西側注水貯留水位の水位変化より、低圧代替注水系統より注水流量の代替監視可能	
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	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	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
						原子炉水位 (SA広帯域)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期TB)

対応手段	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	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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO影響	SBO		
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	2	2	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉注水容器内の水位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	
						高圧代替注水系統流量	1	1	1	1		
						代替注水系統流量 (常設)	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統流量 (燃料域)	2	2	2	2		
						低圧代替注水系統流量 (燃料域)	2	2	2	2		
						原子炉注水貯留水位	1	1	1	1		原子炉注水貯留水位へ注水している系統の注水流量と廃熱除去に必要な水量より代替監視可能
						高圧代替注水系統流量	1	1	0	0		
						高圧代替注水系統流量	3	3	0	0		
						低圧代替注水系統流量	1	1	0	0		
						高圧代替注水系統流量	1	1	1	1		
						原子炉圧力	2	2	2	2		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA)とサブプレッション・チェンバ・プールの差圧から原子炉注水容器の満水を確認可能
						原子炉水位 (SA)	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・プール水位	2	2	2	2		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

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)

対応手段	抽出バスターメータを計測する計器				抽出バスターメータの代替バスターメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SDO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDO影響 直後	負荷切り離し後	
原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力	3	3	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	3	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期TB)

対応手段	抽出バスターメータを計測する計器				抽出バスターメータの代替バスターメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SDO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDO影響 直後	負荷切り離し後	
代替体積容器スプレイ抑露(可搬型)による体積容器抑露(1/2)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力	3	3	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。

①：重要監視バスターメータ、②：有効監視バスターメータ、③：補助バスターメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期TB)

対応手段	抽出バスターメータを計測する計器				抽出バスターメータの代替バスターメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SDO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDO影響 直後	負荷切り離し後	
原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力	3	3	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。
	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力(SA)	2	2	1	原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。 原子炉圧力計測装置の圧力を計測することにより、監視可能。

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)

対応手段	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	復水供給水流量(DIR A系代 替注水流量)	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	3	原子炉水位(広帯域)及び 原子炉水位(燃料域)を 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替 監視可能	
復水貯蔵槽水位(SA)	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	3	原子炉水位(広帯域)及び 原子炉水位(燃料域)を 監視可能	
復水貯蔵槽水位(SA)	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	3	原子炉水位(広帯域)及び 原子炉水位(燃料域)を 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替 監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T.B)

対応手段	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	復水供給水流量(DIR A系代 替注水流量)	2	2	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	3	原子炉水位(広帯域)及び 原子炉水位(燃料域)を 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替 監視可能	
復水貯蔵槽水位(SA)	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	3	原子炉水位(広帯域)及び 原子炉水位(燃料域)を 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替 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】
有効性評価から抽出
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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T.B)

対応手段	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	復水供給水流量(DIR A系代 替注水流量)	2	2	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	3	原子炉水位(広帯域)及び 原子炉水位(燃料域)を 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替 監視可能	
復水貯蔵槽水位(SA)	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3	3	原子炉水位(広帯域)及び 原子炉水位(燃料域)を 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)の水位変化より代替 監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期T B)

対応手段	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	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後		
残留熱除去系 (低圧注水系) による 原子炉注水 (1 / 3)	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.広帯域) 原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期T B)

対応手段	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	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後		
残留熱除去系 (低圧注水系) による 原子炉注水 (1 / 3)	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失 (長期T B)
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期T B)

対応手段	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				詳細		
	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			
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (2 / 3) 原子炉水位 (S A 燃料域) 原子炉水位 (S A 燃料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	2	2	1	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	監視事項は抽出パラメータにて確認 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水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 原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	2	2	1	2	2		
	原子炉注水系統流量 (低圧注水系原子炉注水流量 (常設ライン用))	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (高圧注水系原子炉注水流量 (常設ライン域用))	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (低圧注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用))	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (低圧注水系原子炉注水流量 (可搬ライン域用))	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (代替循環冷却系原子炉注水流量)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (高圧注水系原子炉注水流量)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (残留熱除去系系統流量)	3	3	0	0	0	0	0	0	0	
	原子炉注水系統流量 (低圧注水系系統流量)	1	1	0	0	0	0	0	0	0	
原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
サブプレッション・チェンバ圧力	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (長期T B)
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期T B)

対応手段	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				詳細		
	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			
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (2 / 3) 原子炉水位 (S A 燃料域) 原子炉水位 (S A 燃料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	2	2	1	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	監視事項は抽出パラメータにて確認 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水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 原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	2	2	1	2	2		
	原子炉注水系統流量 (低圧注水系原子炉注水流量 (常設ライン用))	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (高圧注水系原子炉注水流量 (常設ライン域用))	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (低圧注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用))	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (低圧注水系原子炉注水流量 (可搬ライン域用))	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (代替循環冷却系原子炉注水流量)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (高圧注水系原子炉注水流量)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	原子炉注水系統流量 (残留熱除去系系統流量)	3	3	0	0	0	0	0	0	0	
	原子炉注水系統流量 (低圧注水系系統流量)	1	1	0	0	0	0	0	0	0	
原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期TB)

対応手段	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 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
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (3/73)	残留熱除去系 (S.A.燃料)	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料)	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 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1		
	低圧代替注水系統流量	1	1	低圧代替注水系統流量	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
	代管期間開始前原子炉注水量	2	2	代管期間開始前原子炉注水量	2	2		
	代管期間開始時冷却系流量	1	1	代管期間開始時冷却系流量	1	1		
	高圧中心スプレイズ系統流量	1	0	高圧中心スプレイズ系統流量	1	0		
	残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量	3	0		
	低圧中心スプレイズ系統流量	1	0	低圧中心スプレイズ系統流量	1	0		
	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2		
	サプレッション・プール水位	1	1	サプレッション・プール水位	1	1		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期TB)

対応手段	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 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
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水	残留熱除去系 (S.A.燃料)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2		
	低圧代替注水系統流量	1	1	低圧代替注水系統流量 (管設)	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (燃料域)	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
	代管期間開始前原子炉注水量	2	2	代管期間開始前原子炉注水量	2	2		
	代管期間開始時冷却系流量	1	1	代管期間開始時冷却系流量	1	1		
	高圧中心スプレイズ系統流量	1	0	高圧中心スプレイズ系統流量	1	0		
	残留熱除去系系統流量	3	0	残留熱除去系系統流量 (S.A.)	3	0		
	低圧中心スプレイズ系統流量	1	0	低圧中心スプレイズ系統流量	1	0		
	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2		
	サプレッション・プール水位	1	1	サプレッション・プール水位	1	1		

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】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T B)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補測パラメータ 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		計器名称	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		計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SDO
残留熱除去系(体積容器スプレッド冷却)による燃料容器冷却	残留熱除去系系統監視	サブレーション・プールの水位	1	1	①	サブレーション・プールの水位	1	1	サブレーション・プールの水位変化により、残留熱除去系系統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
		原子炉水位(広帯域)	2	0	①	原子炉水位(SA広帯域)	2	2	原子炉水位(SA広帯域)の水位変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	①	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位(SA広帯域)の水位変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	1	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	1	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代替監視可能		
		サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	サブレーション・チェンパシユール圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		ドラライケル圧力	1	1	①	ドラライケル圧力	1	1	ドラライケル圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	サブレーション・チェンパシユール圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		ドラライケル圧力	1	1	①	ドラライケル圧力	1	1	ドラライケル圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	サブレーション・チェンパシユール圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	サブレーション・チェンパシユール圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.1 全交流動力電源喪失(長期T B)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補測パラメータ 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		計器名称	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		計器故障等	SDO		
残留熱除去系(体積容器スプレッド冷却)による燃料容器冷却	残留熱除去系系統監視	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)の水位変化により、残留熱除去系系統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
		原子炉水位(広帯域)	2	0	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)の水位変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)の水位変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	1	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	1	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代替監視可能		
		サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	サブレーション・チェンパシユール圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		ドラライケル圧力	1	1	①	ドラライケル圧力	1	1	ドラライケル圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	サブレーション・チェンパシユール圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		ドラライケル圧力	1	1	①	ドラライケル圧力	1	1	ドラライケル圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	サブレーション・チェンパシユール圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		
		サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンパシユール圧力	1	1	サブレーション・チェンパシユール圧力の変化により、残留熱除去系系統流量の代替監視可能		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC 失敗

対応手段	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータ 分類	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		評価
		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	
全交流動力電源喪失及び原子炉システム機器	平均出力監視モニター	4	1	①	-	10	3	2
	抽出監視モニター	10	3	②	-	4	4	1
高圧冷却水系統による原子炉注水	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	3	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータ 分類	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		評価
		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	
全交流動力電源喪失及び原子炉システム機器	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	2	2	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	2	2	1
高圧冷却水系統による原子炉注水(1/2)	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1
	原子炉水位(SA)	1	1	①	-	4	4	1

①：重要監視パワメータ，②：有効監視パワメータ，③：補助パワメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBU)

対応手段	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータ 分類	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		評価
		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	
全交流動力電源喪失及び原子炉システム機器	平均出力監視計器	6	0	①	-	4	0	0
	抽出監視計器	6	0	①	-	8	0	0
高圧冷却水系統による原子炉注水	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1
	原子炉水位(SA)	2	2	①	-	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効・性評価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

2.3 全交流動力電源喪失

2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC 失効

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

対応手段	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	抽出パラメータ分類		計器数	計器名称	抽出パラメータ分類		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
格納容器内圧力が上昇する原子炉格納容器破断	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	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から、監視事項は主要パラメータにて確認
	2	ドライウェル窒素気温度	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)と格納容器内圧力(D/W)の両方から、ドライウェル窒素気温度により代替監視可能
	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	2	2	監視可能であれば格納容器内圧力(D/W) (常用計器)により代替監視可能
	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	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から、監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サブプレッション・チェンバースタット	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)とサブプレッション・チェンバースタットにより代替監視可能
	2	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2	2	監視可能であれば格納容器内圧力(S/C) (常用計器)により代替監視可能
	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	1	監視可能であれば格納容器内圧力(S/C) (常用計器)により代替監視可能
	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	1	監視可能であれば格納容器内圧力(S/C) (常用計器)により代替監視可能
	2	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2	2	監視可能であれば格納容器内圧力(S/C) (常用計器)により代替監視可能
	2	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	2	2	監視可能であれば格納容器内圧力(S/C) (常用計器)により代替監視可能

東海第二発電所 (2018.9.18版)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	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	抽出パラメータ分類		計器数	計器名称	抽出パラメータ分類		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
高圧代替注水系による原子炉注水 (2/2)	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	抽熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(1/2)	2	低圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	常設高圧代替注水系統が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能
	2	低圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
原子炉注水	2	原子炉注水	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能
	2	原子炉注水	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力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

島根原子力発電所 2号炉

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBU)

対応手段	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	抽出パラメータ分類		計器数	計器名称	抽出パラメータ分類		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
高圧代替注水系による原子炉注水	1	高圧代替注水系統流量	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 直接的に原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	抽熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能
	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	常設高圧代替注水系統が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能
	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC失敗

対応手段	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	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	
低圧代噴注系(低圧注水)による原子炉注水	1	原子炉圧力(SA)	①	-	3	原子炉圧力	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	3	原子炉圧力(SA)	①	-	3	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
3	原子炉圧力(SA)	①	-	3	原子炉圧力(SA)	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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	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	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	
低圧代噴注系(可搬型)による原子炉注水(2/2)	1	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は抽出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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBU)

対応手段	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	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	計器数	計器名称	バロメータ分類	補脚バロメータ分類理由	
低圧代噴注系(可搬型)による原子炉注水	2	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉圧力(SA)	①	-	2	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	①	-	1	原子炉圧力(SA)	①	-	監視事項は主要バロメータにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (外部電源喪失 + DG 喪失) + RCIC 失敗

対応手段	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	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	SBO影響	
									直後	負荷切リ直し後
残熱除去系(格納容器スプレイ)の停止による原子炉格納容器乾燥	3	3	①	-	サブレーション・チェンバール水位	1	1	1	1	水漏れによるサブレーション・チェンバール水位の変化により代替計器にて監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	3	3	1	1	原子炉水位(広帯域)の監視は、原子炉水位(広帯域)の監視により代替計器にて監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位(標準)	2	2	1	1	原子炉水位(標準)の監視は、原子炉水位(標準)の監視により代替計器にて監視可能
格納容器内圧力(D/W)	1	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
	1	1	①	-	ドライウエル空調気温度	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
	1	1	①	-	格納容器内圧力(D/W)	2	2	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
ドライウエル空調気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	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
	1	1	①	-	サブレーション・チェンバール水位	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
	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	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
サブレーション・チェンバール水位	1	1	①	-	サブレーション・チェンバール水位	3	3	3	3	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
	1	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
	3	3	①	-	サブレーション・チェンバール水位	3	3	3	3	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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	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	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	SBO影響	
									直後	負荷切リ直し後
代替格納容器スプレイの停止による原子炉格納容器乾燥 (1/2)	ドライウエル圧力	1	1	①	サブレーション・チェンバール圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	サブレーション・チェンバール圧力	1	1	①	ドライウエル圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	サブレーション・チェンバール圧力	1	1	①	サブレーション・チェンバール圧力	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
原子炉水位 (S A, 広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBU)

対応手段	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	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	計器名称	計器数	バロメータ分類	抽出バロメータ分類理由	SBO影響	
									直後	負荷切リ直し後
原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位を計測することができ、監視可能
	1	1	①	-	原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	直接的に原子炉水位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】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC 失敗

対応手段	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	SBO				
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	原子炉注水(広帯域) 原子炉注水(燃料冷却)	1	1	原子炉注水(広帯域)	3	3	1	1	原子炉注水(広帯域)は、原子炉注水(燃料冷却)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料冷却)	2	2	1	1	原子炉注水(燃料冷却)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(SA)	2	2	2	2	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(SA)	3	3	3	3	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(SA)	2	2	2	2	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	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	SBO		
代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による格納容器冷却(2/2)	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	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯槽水位は、西側淡水貯槽水位より、低圧代替注水系統格納容器スプレイ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
				西側淡水貯槽水位	1	1	サブレーション・ブール水位	
低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯槽水位は、西側淡水貯槽水位より、低圧代替注水系統原子炉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
				西側淡水貯槽水位	1	1	原子炉注水(広帯域)	
				原子炉注水(燃料冷却)	2	2	原子炉注水(燃料冷却)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBU)

対応手段	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	SBO				
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	原子炉注水(広帯域) 原子炉注水(燃料冷却)	1	1	原子炉注水(広帯域)	2	2	1	1	原子炉注水(広帯域)は、原子炉注水(燃料冷却)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
				原子炉注水(燃料冷却)	2	2	1	1	原子炉注水(燃料冷却)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	2	2	2	2	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	2	2	2	2	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	
				原子炉注水(SA)	1	1	1	1	原子炉注水(SA)は、原子炉注水(広帯域)の機能を果たすことができない場合、監視可能。	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+RCIC 失敗

対応手段	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	区分1直流電源を喪失した場合			直後	区分1直流電源を喪失した場合		
低圧代替注水系統(管設)による原子炉注水	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	本館である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(広帯域)	3	3	3	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	炉内熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替パラメータにて確認可能	
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1		
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)	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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	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		
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態/圧力/温度/圧力/飽和温度/圧力/飽和温度より代替監視可能	
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1		
	原子炉圧力容器温度	4	4	4	原子炉圧力容器温度	4	4	4		
	原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	2		
	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	2		
	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1		
	原子炉圧力容器温度	4	4	4	原子炉圧力容器温度	4	4	4		
	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBU)

対応手段	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		
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	サブプレッシャ・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	サブプレッシャ・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力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
	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態/圧力/温度/圧力/飽和温度/圧力/飽和温度より代替監視可能	
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1		
	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	2	2	2		
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1		
	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	2	2	2		
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	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】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	抽出パラメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	SBO
		計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (3/3)	残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (3/3)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉水位 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (圧力)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
残留熱除去系 (燃料槽)	3	0	①		3	0	0	残留熱除去系 (燃料槽) の監視は、原子炉圧力 (SA) 燃料の監視により行われる。	監視事項は主要バラムメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	抽出パラメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	SBO
		計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		
残留熱除去系 (燃料槽) による原子炉注水	残留熱除去系 (燃料槽) による原子炉注水	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①		2	2	原子炉圧力 (SA) 燃料	監視事項は主要バラムメータにて確認
残留熱除去系 (燃料槽)	1	1	①		1	1	1	残留熱除去系 (燃料槽) の監視は、原子炉圧力 (SA) 燃料の監視により行われる。	監視事項は主要バラムメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	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			SBO	評価						
	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	ハバメータ分類	補助パラメータ分類理由			計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響	
機組熱除去系 (除熱器システム) による格納容器冷却 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量 機組熱除去系系統流量	サブプレッション・プール水位	2	0	0	①	-	1	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	機組熱除去系系統流量	2	0	0	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、ドライウエル圧力の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	サブプレッション・チェンバースタット	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、サブプレッション・チェンバースタットの代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、ドライウエル圧力の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	サブプレッション・チェンバースタット	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、サブプレッション・チェンバースタットの代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、ドライウエル圧力の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能
	サブプレッション・チェンバースタット	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、サブプレッション・チェンバースタットの代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能
	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、ドライウエル圧力の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能
	サブプレッション・チェンバースタット	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、サブプレッション・チェンバースタットの代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失 (TBU)
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBU)

対応手段	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			SBO	評価						
	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	ハバメータ分類	補助パラメータ分類理由			計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響	
機組熱除去系 (低圧水一付) による原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系 (低圧水一付) による原子炉圧力の変化により、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能	
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能
	機組熱除去系系統流量	2	2	1	①	-	1	1	1	1	1	1	機組熱除去系系統流量が正常に動作していることを確認することにより、機組熱除去系系統流量の代償監視可能	監視事項は機組熱除去系系統流量の代償監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失 (TBU)
2.3.2 全交流動力電源喪失

対応手段 監視対象電源 (低圧直流電源) による 原子炉注水	抽出バスターマータの代替バスターマータを計測する計器			抽出バスターマータの代替バスターマータを計測する計器			計器名称	計器数	監視	負荷印可測し後	バスターマータ 分類	監視理由	計器名称	計器数	監視	負荷印可測し後	SBO影響	SBO影響	計器故障等	SBO
	計器名称	計器数	監視	計器名称	計器数	監視														
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認
	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	0	0	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャライジング・チェンバ (S/A) の差圧から原子炉冷却水の量を監視可能	監視対象は主要バスターマータにて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)+直流電源喪失

対処手段	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				SBO	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO 影響		計器名称	計器数		
					直後	負荷切り離し後				
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム機能 原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	①	—	原子炉圧力	3	3	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉圧力	3	①	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度	3 2 1 2	3 2 1 2	1 1 1 2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対処手段	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				SBO	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO 影響		計器名称	計器数		
					直後	負荷切り離し後				
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム機能 原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	2	①	—	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	①	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度	1 2 1 4	1 2 1 4	1 2 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBD)

対処手段	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				SBO	
	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO 影響		計器名称	計器数		
					直後	負荷切り離し後				
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム機能 原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	①	—	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉圧力	1	①	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度	1 2 1 2	1 2 1 2	1 2 1 2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能 直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2. 3 全交流動力電源喪失
2. 3. 3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)+直流電源喪失

対応手段	計器名称	SBO 影響		バックアップ 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類		計器故障等	SBO
		直後	負荷切り離し後			計器名称	抽出パラメータ 分類		
高圧代替注水系による原子炉注水	高圧代替注水流量	1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(広帯域)	高圧代替注水流量(広帯域)	高圧代替注水流量(広帯域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水	低圧代替注水流量	1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

2. 3 全交流動力電源喪失
2. 3. 2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	計器名称	SBO 影響		バックアップ 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類		計器故障等	SBO
		直後	負荷切り離し後			計器名称	抽出パラメータ 分類		
高圧代替注水系による原子炉注水(2/2)	高圧代替注水流量	1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	①	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)	高圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(1/2)	低圧代替注水流量	1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	①	①	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)	低圧代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

2. 3 全交流動力電源喪失
2. 3. 3 全交流動力電源喪失 (TBD)

対応手段	計器名称	SBO 影響		バックアップ 分類	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類		計器故障等	SBO
		直後	負荷切り離し後			計器名称	抽出パラメータ 分類		
高圧原子炉代替注水系による原子炉注水	高圧原子炉代替注水流量	1	1	①	①	高圧原子炉代替注水流量(燃料域)	高圧原子炉代替注水流量(燃料域)	高圧原子炉代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	①	高圧原子炉代替注水流量(燃料域)	高圧原子炉代替注水流量(燃料域)	高圧原子炉代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	
低圧原子炉代替注水系(可搬型)による原子炉注水	低圧原子炉代替注水流量	1	1	①	①	低圧原子炉代替注水流量(燃料域)	低圧原子炉代替注水流量(燃料域)	低圧原子炉代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	①	低圧原子炉代替注水流量(燃料域)	低圧原子炉代替注水流量(燃料域)	低圧原子炉代替注水流量(燃料域)の値がゼロになることがあり、監視可能	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+直流電源喪失

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器名称		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	直後			計器数	直後	計器故障等	SRD		
格納容器圧力過剰監視 等による原子炉格納 容器除熱	格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	①	格納容器内圧力(S/O)	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	監視事項は主要バロメータにて確認	
		1	1	①	①	原子炉内圧力(S/O)	1	1	熱和風風/圧力の関係から、ドライウェル容積気温度により代替監視可能		
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバースタット	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	監視事項は主要バロメータにて確認	
		1	1	①	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	熱和風風/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバースタットより代替監視可能		
	サブプレッション・チェンバースタット	1	1	①	①	格納容器内圧力(S/O)	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	監視事項は主要バロメータにて確認	
		1	1	①	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	熱和風風/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバースタットより代替監視可能		
	フィルタ装置入口圧力	2	2	①	①	格納容器内圧力(S/O)	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	監視事項は主要バロメータにて確認	
		2	2	①	①	格納容器内圧力(S/O)	2	2	熱和風風/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバースタットより代替監視可能		
	フィルタ装置出口放射線モニタ	2	2	①	①	格納容器内圧力(S/O)	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	監視事項は主要バロメータにて確認	
		2	2	①	①	格納容器内圧力(S/O)	2	2	熱和風風/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバースタットより代替監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器名称		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	直後			計器数	直後	計器故障等	SRD		
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水(2/2)	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水(2/2)	1	1	①	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	直接的に原子炉注水系統内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
		1	1	①	①	低圧代替注水系統流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBD)

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器名称		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	直後			計器数	直後	計器故障等	SRD		
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	原子炉水位(SA)	1	1	①	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	直接的に原子炉注水系統内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
		1	1	①	①	低圧代替注水系統流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		
		1	1	①	①	原子炉注水系統(可搬型)流量	1	1	直接的に原子炉注水系統内の流量を計測することができ、監視可能		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DC喪失)+直交流電源喪失

対応手段	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	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
換熱器冷却系(格納容器)による原子炉格納容器冷却 換熱器冷却系(格納容器)による原子炉格納容器冷却 換熱器冷却系(格納容器)による原子炉格納容器冷却	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	1	1	1	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	1	1	1	水筒であるサブプレッション・チェンバ・プールの水位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(広帯域)	3	3	1	原子炉水位(広帯域)	3	3	1	原子炉水位(広帯域)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(燃料床)	2	2	1	原子炉水位(燃料床)	2	2	1	燃料床水位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(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること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
	ドライウェル蒸気温度	2	2	2	ドライウェル蒸気温度	2	2	2	高圧側/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度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
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること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
	ドライウェル蒸気温度	2	2	2	ドライウェル蒸気温度	2	2	2	高圧側/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度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
	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	1	1	1	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	1	1	1	水筒であるサブプレッション・チェンバ・プールの水位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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	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	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
代替格納容器スプレッド(可搬型)による格納容器冷却 (2/2)	代替格納容器スプレッド(可搬型)による格納容器冷却	1	1	1	代替格納容器スプレッド(可搬型)による格納容器冷却	1	1	1	代替格納容器スプレッド(可搬型)による格納容器冷却の流量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
	低圧代替注水系統格納容器スプレッド(可搬型)による格納容器冷却	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレッド(可搬型)による格納容器冷却	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレッド(可搬型)による格納容器冷却の流量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
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(常設ライン用)	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
	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(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量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

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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBD)

対応手段	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	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
換熱器冷却系(格納容器)による原子炉格納容器冷却 換熱器冷却系(格納容器)による原子炉格納容器冷却 換熱器冷却系(格納容器)による原子炉格納容器冷却	原子炉水位(広帯域)	3	3	1	原子炉水位(広帯域)	3	3	1	原子炉水位(広帯域)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(燃料床)	2	2	1	原子炉水位(燃料床)	2	2	1	燃料床水位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(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること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
	ドライウェル蒸気温度	2	2	2	ドライウェル蒸気温度	2	2	2	高圧側/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度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
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること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
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること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
	ドライウェル蒸気温度	2	2	2	ドライウェル蒸気温度	2	2	2	高圧側/圧力の関係から、ドライウェル蒸気温度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
	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	1	1	1	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	1	1	1	水筒であるサブプレッション・チェンバ・プールの水位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(燃料床)	2	2	1	原子炉水位(燃料床)	2	2	1	燃料床水位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

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+直流電源喪失

対応手段	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	抽出パラメータ 分類理由	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		評価	SBO			
		計器数	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		計器数	直後			直後	負荷切り離し後	
低圧代替圧水系統(常設)による原子炉圧水	原子炉圧力(SA)	1	1	①	-	1	1	原子炉圧力	3	3	1	1	直接的に原子炉圧力監視室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	
		1	1	①	-	1	1	原子炉圧力	3	3	1	1	直接的に原子炉圧力監視室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	
		1	1	①	-	1	1	原子炉圧力	3	3	1	1	直接的に原子炉圧力監視室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	
	原子炉圧力(広帯域)	3	3	1	①	-	3	3	原子炉圧力(広帯域)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力監視室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
		2	2	1	①	-	2	2	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室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
		1	1	1	①	-	1	1	原子炉圧力(広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室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
	原子炉注水(1/3)	原子炉注水	1	1	①	-	1	1	原子炉注水	1	1	1	1	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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	1	①	-	1	1	原子炉注水	1	1	1	1	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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	1	①	-	1	1	原子炉注水	1	1	1	1	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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

東海第二発電所 (2018.9.18版)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失(TBD, TBU)

対応手段	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	負荷切り離し後			計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後			
残留熱除去系(低圧注水系統)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力(SA)	2	2	①	-	2	2	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	①	-	2	2	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力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

島根原子力発電所 2号炉

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBD)

対応手段	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	負荷切り離し後			計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後					
残留熱除去系(低圧注水系統)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力(SA)	2	2	①	-	2	2	原子炉圧力	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力監視室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	
		2	2	①	-	2	2	原子炉圧力	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室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	
		1	1	①	-	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室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	
	原子炉注水	原子炉注水	2	2	①	-	2	2	原子炉注水	2	2	2	2	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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
			2	2	①	-	2	2	原子炉注水	2	2	2	2	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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	1	①	-	1	1	原子炉注水	1	1	1	1	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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
	原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(広帯域)	2	2	①	-	2	2	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室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
			2	2	①	-	2	2	原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力監視室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
			1	1	①	-	1	1	原子炉圧力(広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室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
	原子炉注水(1/3)	原子炉注水	2	2	①	-	2	2	原子炉注水	2	2	2	2	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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
			2	2	①	-	2	2	原子炉注水	2	2	2	2	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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	1	①	-	1	1	原子炉注水	1	1	1	1	直接的に原子炉注水監視室内の注水量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

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (外部電源喪失 + DG 喪失) + 直流電源喪失

対応手段	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	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		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
低圧代替注水圧 (管設) による原子炉注水	復水補給水系流量 (ORR A 系代替注水流量) 復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	①	-	復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代替監視可能 停機熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替パラメータにて確認監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	3	1	1	停機熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替パラメータにて確認監視可能	
		1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	2	1	1		
		1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1		
		1	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1		
		1	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1		
		1	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1		
		1	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1		
		1	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1		
		1	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	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	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		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (2/3)	原子炉水位 (SA 広帯域) 原子炉水位 (SA 燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	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	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
		1	1	①	-	高圧代替注水系系統流量	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBD)

対応手段	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	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		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後		
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	積極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	
		2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
		2	2	①	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
		2	2	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1		
		2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1		
		2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1		
		2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1		
		2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1		
		2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1		
		2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1		

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)
2.3.2 全交流動力電源喪失 (TBD, TBU)

対応手段	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	計器数	SBO影響		評価	SBO	
	計器名称	計器数		直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
残留熱除去系 (除熱器システム) による格納容器除熱	残留熱除去系 (除熱器システム) による格納容器除熱					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、残留熱除去系除熱 量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
						原子炉水位 (圧力減)	2	2	1	残留熱除去系 (S A 広帯 域) 水位の低下により、残留熱除去 量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
						原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	残留熱除去系 (S A 広帯 域) 水位の低下により、残留熱除去 量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
						残留熱除去系格納器吐出 圧力	2	0	0	0	残留熱除去系格納器が正常に動作 していることを確認することによ り、残留熱除去量の代替監視可 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 ン圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェン圧力の計測 により、残留熱除去量の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						ドライウエル圧力	8	8	8	8	ドライウエル圧力の計測から、ドライ ウエル常時気圧により代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						【ドライウエル圧力】	2	0	0	0	監視対象でありはドライウエルの圧 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
						ドライウエル圧力	1	1	1	1	格納容器内圧力の計測 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 ン圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェン圧力の計測 から、サブプレ ッション・チェン常時気圧により代 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 ン圧力	2	0	0	0	サブプレッション・チェン圧力の計測 により、サブプレ ッション・チェン常時気圧により代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
					ドライウエル常時気圧	8	8	8	8	ドライウエル常時気圧の計測から、 サブプレ ッション・チェン常時気圧により代 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 ン圧力	2	2	2	2	サブプレッション・チェン圧力の計測 から、サブプレ ッション・チェン常時気圧により代 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 ン圧力	3	3	3	3	サブプレッション・チェン圧力の計測 から、サブプレ ッション・チェン常時気圧により代 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 ン圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェン圧力の計測 により、サブプレ ッション・チェン常時気圧により代 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・プ ール水位	3	3	3	3	サブプレッション・プール水位の計測 により、サブプレ ッション・チェン常時気圧により代 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

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
2.3 全交流動力電源喪失 (外部電源喪失 + DG 喪失) + SRV 再開失敗

対応手段	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	SRV影響 直後	バロメータ 分類	計器名称	計器数	SRV影響 直後	バロメータ 分類		
全交流動力電源喪失及び原子炉システム確認	平均出力領域計器	4	1	①	抽出領域ニホ	10	10	3	2	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	1	1	①	抽出領域ニホ	1	1	1	1	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	抽出領域ニホ	1	1	1	1	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	1	1	①	抽出領域ニホ	1	1	1	1	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	抽出領域ニホ	1	1	1	1	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	1	1	①	抽出領域ニホ	1	1	1	1	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	抽出領域ニホ	1	1	1	1	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	1	1	①	抽出領域ニホ	1	1	1	1	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	抽出領域ニホ	1	1	1	1	抽出領域ニホにより平均出力領域ニホの代用計器が利用可能。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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	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	SRV影響 直後	バロメータ 分類	計器名称	計器数	SRV影響 直後	バロメータ 分類		
全交流動力電源喪失及び原子炉システム確認	平均出力領域計器	2	2	0	①	起動領域計器	8	8	0	起動領域計器により平均出力領域計器の代用計器が利用可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水 (1/2)	原子炉水位 (SA)	1	1	1	①	平均出力領域計器	2	2	2	平均出力領域計器により起動領域計器の代用計器が利用可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	平均出力領域計器	2	2	2	平均出力領域計器により起動領域計器の代用計器が利用可能。監視事項は抽出バロメータにて確認。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	1	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と燃料域原子炉水位 (燃料域) の両方に必要となる監視項目が抽出バロメータにて確認可能。
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と燃料域原子炉水位 (燃料域) の両方に必要となる監視項目が抽出バロメータにて確認可能。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	1	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と燃料域原子炉水位 (燃料域) の両方に必要となる監視項目が抽出バロメータにて確認可能。
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と燃料域原子炉水位 (燃料域) の両方に必要となる監視項目が抽出バロメータにて確認可能。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	1	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と燃料域原子炉水位 (燃料域) の両方に必要となる監視項目が抽出バロメータにて確認可能。
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (SA) と燃料域原子炉水位 (燃料域) の両方に必要となる監視項目が抽出バロメータにて確認可能。

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	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	SRV影響 直後	バロメータ 分類	計器名称	計器数	SRV影響 直後	バロメータ 分類		
全交流動力電源喪失及び原子炉システム確認	平均出力領域計器	6	6	0	①	中性子領域計器	4	0	0	中性子領域計器により平均出力領域計器の代用計器が利用可能。監視事項は主要バロメータにて確認。
原子炉隔離時冷却水系による原子炉注水	原子炉水位 (SA)	2	2	1	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (SA) とサブプレッション・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・チェンバースプレッション・チェンバースプレッションの両方に必要となる監視項目が抽出バロメータにて確認可能。
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (SA) とサブプレッション・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・チェンバースプレッションの両方に必要となる監視項目が抽出バロメータにて確認可能。

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+SRV再閉失敗

対応手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価	
	計器名称	抽出パワーマータ分類理由	計器名称	抽出パワーマータ分類理由	計器故障等	SBD
高圧代替注水系統による原子炉注水等	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	① ①	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1

※ 有効性評価と考慮しない操作

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBP)

対応手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価	
	計器名称	抽出パワーマータ分類理由	計器名称	抽出パワーマータ分類理由	計器故障等	SBD
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水(2/2)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	① ①	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			原子炉隔離時冷却系流量	原子炉隔離時冷却系流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			原子炉隔離時冷却系流量	原子炉隔離時冷却系流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			原子炉隔離時冷却系流量	原子炉隔離時冷却系流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1

①: 重要監視パワーマータ, ②: 重要監視パワーマータ, ③: 補助パワーマータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失(TBP)

対応手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価	
	計器名称	抽出パワーマータ分類理由	計器名称	抽出パワーマータ分類理由	計器故障等	SBD
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	① ①	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			原子炉隔離時冷却系流量	原子炉隔離時冷却系流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			原子炉隔離時冷却系流量	原子炉隔離時冷却系流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1
			原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)	計器故障等	1
			原子炉隔離時冷却系流量	原子炉隔離時冷却系流量	計器故障等	1
			原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	計器故障等	1

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG喪失)+SRV再開失敗

対応手段	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 区分Ⅰ直流電源(区分Ⅱ直流電源) を喪失した場合を延命した場合	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	負荷切り直し後		
漏洩し安全弁による原子炉急減圧	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1	直接的に原子炉圧力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
	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気相と蒸気相とを区別し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力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
	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBP)

対応手段	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	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	負荷切り直し後		
低圧代替注水系統(中継型)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力(SA)	2	2	①	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力(SA)	2	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気相と蒸気相とを区別し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失(TBP)

対応手段	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	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	負荷切り直し後		
漏洩し安全弁による原子炉急減圧	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力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
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気相と蒸気相とを区別し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力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
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)+SRV 再閉失敗

対応手段	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				評価	
	計器名称	計器数	抽出パラメータ		計器名称	計器数	補助パラメータ			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水(2/3)	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	1	0	1	1	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
		3	3	1	1	3	3	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失(TBP)

対応手段	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				評価	
	計器名称	計器数	抽出パラメータ		計器名称	計器数	補助パラメータ			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水(2/3)	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	1	0	1	1	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
		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	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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失(TBP)

対応手段	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				評価	
	計器名称	計器数	抽出パラメータ		計器名称	計器数	補助パラメータ			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
低圧原子炉代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	原子炉水位(SA)	2	2	1	0	2	2	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		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	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	1	1	1	1	
		1	1	1	1	1	1	1	1	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失

2.3.4 全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DC 喪失)+SRV 再閉失敗

対応手段	計器名称	SBO 影響		パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	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		評価
		直後	負荷切り離し後				計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	機軸駆動圧力(力) (SRV)	1	1	①	-	機軸駆動圧力(力) (SRV)	1	1	1
	機軸駆動圧力(力) (SRV)	1	1	①	-	機軸駆動圧力(力) (SRV)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失

2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	計器名称	SBO 影響		パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	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		評価
		直後	負荷切り離し後				計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水 (S/V3)	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水 (S/V3)	2	2	①	-	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水 (S/V3)	2	2	2
	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水 (S/V3)	2	2	①	-	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水 (S/V3)	2	2	2
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	計器名称	SBO 影響		パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	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		評価
		直後	負荷切り離し後				計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	
低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	2	2	①	-	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	2	2	2
	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	2	2	①	-	低圧代替注水系統(可搬型)による原子炉注水	2	2	2
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	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	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後		
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (1/3)	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	1	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	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	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後		
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (1/3)	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	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】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	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	計器故障等	SBO
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (2/3)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	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	
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2		
				高圧代替注水系系統流量	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1		
				代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水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	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		
				高圧心スプレイ系統流量	1	0		
				残留熱除去系系統流量	3	0		
				低圧心スプレイ系統流量	1	0		
				原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブレンジョン・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
				サブレンジョン・チェンバ圧力	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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	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	計器故障等	SBO
残留熱除去系 (低圧注水系) による原子炉注水 (2/3)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	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	
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2		
				高圧代替注水系系統流量	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1		
				代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水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	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		
				高圧心スプレイ系統流量	1	0		
				残留熱除去系系統流量	3	0		
				低圧心スプレイ系統流量	1	0		
				原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブレンジョン・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
				サブレンジョン・チェンバ圧力	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失 (TBP)
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	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	計器数	計器数	計器数			計器数	計器数					
残留熱除去系（低圧注水系）による 原子炉注水 (3/3)	2	2	1	1	-	① ②	原子炉水位 (広帯域)	1	1	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直線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 監視事項は抽出バロメータにて確認 原子炉圧力容器へ注水している際の注水流量と残留熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	
							残留熱除去系流量	3	0	残留熱除去系流量	3	0	
							低圧注水流量	2	2	低圧注水流量	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	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	計器数	計器数	計器数			計器数	計器数					
残留熱除去系（低圧注水系）による 原子炉注水	2	2	1	1	-	① ②	原子炉水位 (SA)	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直線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 監視事項は抽出バロメータにて確認 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量 原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャ系流量
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	
							残留熱除去系流量	3	0	残留熱除去系流量	3	0	
							低圧注水流量	2	2	低圧注水流量	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	
							低圧注水圧力	2	2	低圧注水圧力	2	2	

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】
有効性評価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

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.3 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	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	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	
残留熱除去系 (格納容器スプレイト冷却器) による格納炉冷却 残留熱除去系系数減量 ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力	サプレッション・プール水位	1	1	1	サプレッション・プール水位	1	1	1	サプレッション・プール水位の水質汚濁除去系系数減量による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	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	格納炉除去に必要な圧力と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系数減量の代替監視可能
	残留熱除去系系数減量	2	0	0	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	2	0	0	残留熱除去系系数減量	2	0	0	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	8	8	8	残留熱除去系系数減量	8	8	8	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	2	0	0	残留熱除去系系数減量	2	0	0	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	3	3	3	残留熱除去系系数減量	3	3	3	残留熱除去系系数減量による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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.3 全交流動力電源喪失
2.3.4 全交流動力電源喪失 (TBP)

対応手段	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	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	
残留熱除去系 (格納容器スプレイト冷却器) による格納炉冷却 残留熱除去系系数減量 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力 サプレッション・チェンバール圧力	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	格納炉除去に必要な圧力と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系数減量の代替監視可能
	残留熱除去系系数減量	2	0	0	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	3	3	3	残留熱除去系系数減量	3	3	3	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	2	2	2	残留熱除去系系数減量	2	2	2	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量	1	1	1	残留熱除去系系数減量による監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系数減量	2	2	2	残留熱除去系系数減量	2	2	2	残留熱除去系系数減量による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】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム確認	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等 監視事項は主要パラメータにて確認
	平均出力領域計装	①	①	平均出力領域計装	①	①	
原子炉隔離降圧発注による原子炉停止	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (SA)	①	①	原子炉水位 (SA)	①	①	
原子炉隔離降圧発注による原子炉停止	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (SA)	①	①	原子炉水位 (SA)	①	①	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム確認	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等 監視事項は抽出パラメータにて確認
	平均出力領域計装	①	①	平均出力領域計装	①	①	
原子炉隔離降圧発注による原子炉停止 (1/2)	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (SA)	①	①	原子炉水位 (SA)	①	①	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	
全交流動力電源喪失及び原子炉スクラム確認	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等 監視事項は主要パラメータにて確認
	平均出力領域計装	①	①	平均出力領域計装	①	①	
原子炉隔離降圧発注による原子炉停止	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (SA)	①	①	原子炉水位 (SA)	①	①	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	SBO影響		評価	SBO
		計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	①	1	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水 (2/2)	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	2	①	2	2	2	監視事項上重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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	SBO影響		計器数	計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	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		
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水 (2/2)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	2	2	2	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	1	①	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統流量	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	監視事項上重要バロメータにて確認
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (溶注クランプ用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (溶注クランプ用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		2	2	1	①	2	2	2	低圧代噴注水系統原子炉注水流量 (可測ライン用)	1	1	監視事項上重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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	SBO影響		計器数	計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	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		
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項上重要バロメータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	監視事項上重要バロメータにて確認	
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	監視事項上重要バロメータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	
		1	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	監視事項上重要バロメータにて確認	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	抽出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	区分1直後電源を失った場合		
過剰し安全弁による原子炉急減速圧	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1	直接的に原子炉圧力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
		原子炉圧力(SA)	3	3	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度	3 2 1 2	3 2 1 2	1 1 1 2	
過剰し安全弁による原子炉急減速圧	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力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
		原子炉圧力	2	2	2	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度	3 2 1 2	3 2 1 2	1 1 1 2	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失

2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	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		計器故障等	SBO
							直後	負荷切り直し後		
取水機能喪失の発見	サブプレッジョン・プールの温度	3	3	①	サブプレッジョン・プールの温度	2	2	2	サブプレッジョン・プールの温度変化によりサブプレッジョン・プールの温度の代替として監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系雨水系流量	2	0	-	原子炉圧力	2	2	1	
過剰し安全弁による原子炉急減速圧	原子炉圧力	2	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 2	2 2 1 2	2 2 1 2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	2	2	2	
低圧体積注水系統(強制)による原子炉注水(1/4)	原子炉圧力(SA)	2	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 2	2 2 1 2	2 2 1 2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	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		計器故障等	SBO
							直後	負荷切り直し後		
過剰し安全弁による原子炉急減速圧	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力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
		原子炉圧力	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	
残留熱除去系(低圧注水モード)による原子炉注水	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力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
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	2 2 2	2 2 2	2 2 2	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	計器数	直後	計器数	直後	計器故障等	SBO	
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	3	3	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	計器数	直後	計器数	直後	計器故障等	SBO	
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水(2/4)	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	1	2	2	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	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
		1	1	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	計器数	直後	計器数	直後	計器故障等	SBO	
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	2	2	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	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	1	1	1	1	1	1
		1	1	1	1	1	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失

2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	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		評価	
	計器名称	計器数			計器名称	計器数		
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	計器名称 復水循環冷却水流量(BWR B系代替注水流)	直後	1	1	区分別直後電源を起動した場合	区分別直後電源を起動した場合	計器故障等 水源である復水循環冷却水(SA)の水位変化より代替監視可能 崩壊熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替パラメータにて確認可能	
		直後	1	1	1	1	1	1
復水貯蔵槽水位(SA)	計器名称 復水貯蔵槽水位(SA)	直後	1	1	1	1	1	1
		直後	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失

2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	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		評価
	計器名称	計器数			計器名称	計器数	
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (3/4)	計器名称 低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	直後	2	2	原子炉水位 (SA広帯域)	原子炉水位 (SA広帯域)	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		直後	2	2	原子炉水位 (SA燃料)	原子炉水位 (SA燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	

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

2.4 崩壊熱除去機能喪失

2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	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		評価
	計器名称	計器数			計器名称	計器数	
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	計器名称 低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	直後	2	2	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	直接的に原子炉压力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	
		直後	2	2	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (燃料)	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	パラメータ分類	計器数	パラメータ分類	
対応手段 低圧代替注水系(常設)による原子炉冷却(燃料棒)	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン)は、原子炉注水流量(常設ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。
	1	①	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン)は、原子炉注水流量(可搬ライン)と同等に監視することにより、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
対応手段 低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(4/4)	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、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
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	代替注水貯槽を水源としている系統の注水流量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能		

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】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失

2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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1直流電源 を喪失した場合	区分2直流電源 を喪失した場合			区分1直流電源 を喪失した場合	区分2直流電源 を喪失した場合			
残留熱除去系（サブプレッション・チェンバール水冷却モード）運転	サブプレシ ョン・チェンバ ール水冷却モ ード	3	3	①	3	3	①	1	1	残留熱除去系が正常に動作していることを確認 するにより代替監視可能 サブプレシジョン・チェンバール水温度の温度変化により 代替監視可能	SBO 監視事項は主要パ ラメータにて確認 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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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			
残留熱除去系（格納容器スプレイト冷却系）による格納容器除熱（1/2）	ドライウエル圧力	1	1	1	①	サブプレシジョン・チェンバール圧力	1	1	1	直接的に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/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	SBO 監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレシジョン・チェンバール圧力	1	1	1	①	サブプレシジョン・チェンバール蒸気温度	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 格納温度/圧力の関係から、サブプレシジョン・チェンバール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シジョン・チェンバール蒸気温度（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	8	①	ドライウエル圧力	1	1	1	ドライウエル圧力及びサブプレシジョン・チェンバール圧力の変化により、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
	サブプレシジョン・チェンバール蒸気温度	2	2	2	①	サブプレシジョン・チェンバール蒸気温度	3	3	3	温度変化によりサブプレシジョン・チェンバー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
	サブプレシジョン・チェンバール水温度	3	3	3	①	サブプレシジョン・チェンバール蒸気温度	2	2	2	サブプレシジョン・チェンバール蒸気温度の温度変化によりサブプレシジョン・チェンバ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

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】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	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	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	3	3	1	0	原子炉圧力(AS)	3	3	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	原子炉圧力	原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。
		原子炉圧力(AS)	1	1	1	0	原子炉圧力(AS)	1	1	1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	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	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		
残留熱除去系(格納容器スプレッド冷却系)による格納容器冷却 (2/2)	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能。
		残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	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)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉圧力(AS)は、残留熱除去系に必要となる注水と原子炉圧力(AS)を監視する。監視事項は原子炉圧力にて確認可能。 残留熱除去系系統流量の代替監視可能。

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】
有効性評価から抽出
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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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		
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力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	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力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	原子炉水位から原子炉圧力容器内の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容器温度より代替監視可能	

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】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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		
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(2/3)	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位(広帯域)	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	
	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	原子炉水位(燃料域)	2	2	1		
	高圧代替注水系系統流量	1	1	1	高圧代替注水系系統流量	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	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(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		
	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		
	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		
	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		
	高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
	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		
	低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	2	2	2		
	原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	2		
	サブプレッジョン・チェンバイン圧力	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバイン圧力	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】
有効性評価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】
有効性評価から抽出
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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.1 取水機能が喪失した場合

対応手段	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	SRO影響		計器数	計器名称	SRO影響		計器設置等	SRO	
			直接	負荷切り離し後			直接	負荷切り離し後			
残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(3/3)	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉压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(標準域)	2	2	1	1	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	1	原子炉压力容器へ注水している系の注水流量と崩壊熱除去系による注水より原子炉水位の代替監視可能
	高圧代替注水系統配流量					高圧代替注水系統配流量	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量					低圧代替注水系統配流量	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)					低圧代替注水系統配流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	
	残留熱除去系統配流量	3	0	0	0	残留熱除去系統配流量	3	0	0	0	

①：重層監視パラメータ、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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	バラムータ		計器名称	計器数	SBO影響		
			分類	分組理由			直後	負荷切り直し後	
原子炉スクラム確認	平均出力領域モニタ	4	1	①	起動領域モニタ	10	3	2	計器故障等 起動領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視 監視事項は主要バ ラムータにて確認 監視事項は主要バ ラムータにて確認
	起動領域モニタ	10	3	①	起動領域モニタ 【制御体操作監視系】	4	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	バラムータ		計器名称	計器数	SBO影響			
			分類	分組理由			直後	負荷切り直し後		
原子炉スクラム確認	平均出力領域計装	2	2	①	起動領域計装	8	8	0	計器故障等 監視事項は抽 出バラムータ にて確認 監視事項は抽 出バラムータ にて確認	
	起動領域計装	8	8	①	【制御体操作監視系】 平均出力領域計装 【制御体操作監視系】	2	2	0		
原子炉隔離時冷却 系及び高圧炉心ス プレイン系による原 子炉注水 (1/3)	原子炉水位 (S.A.広帯 域) 原子炉水位 (S.A.燃料 域)	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉注水容量へ注水している系 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 監視事項は抽 出バラムータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	
		原子炉隔離時冷却系流量	1	1		原子炉隔離時冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉心スプレイン流量	1	1		高圧炉心スプレイン流量	1	1	1	
		低圧炉心スプレイン流量	1	1		低圧炉心スプレイン流量	1	1	1	
		残留熱除去系流量	3	3		残留熱除去系流量	3	3	0	
		高圧炉心スプレイン流量	1	1		高圧炉心スプレイン流量	1	1	0	
		低圧炉心スプレイン流量	1	1		低圧炉心スプレイン流量	1	1	0	
		原子炉注水容量	2	2		原子炉注水容量	2	2	1	
		原子炉注水容量	2	2		原子炉注水容量	2	2	2	
		原子炉注水容量	1	1		原子炉注水容量	1	1	1	
		原子炉注水容量	1	1		原子炉注水容量	1	1	1	

①: 重要監視バラムータ, ②: 有効監視バラムータ, ③: 補助バラムータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	抽出バラムータを計測する計器				抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	バラムータ		計器名称	計器数	SBO影響			
			分類	分組理由			直後	負荷切り直し後		
外部電源喪失及び原子炉スクラム確認	平均出力領域計装	6	0	①	中圧子領域計装	4	0	0	計器故障等 監視事項は主要バ ラムータにて確認	
					中間領域計装	8	0	0		
原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (S.A.)	1	1	①	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉注水容量へ注水している系 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 監視事項は主要バ ラムータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	
		原子炉隔離時冷却系流量	1	1		原子炉隔離時冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉心スプレイン流量	1	1		高圧炉心スプレイン流量	1	1	1	
		低圧炉心スプレイン流量	1	1		低圧炉心スプレイン流量	1	1	1	
		残留熱除去系流量	3	3		残留熱除去系流量	3	3	0	
		高圧炉心スプレイン流量	1	1		高圧炉心スプレイン流量	1	1	0	
		低圧炉心スプレイン流量	1	1		低圧炉心スプレイン流量	1	1	0	
		原子炉注水容量	2	2		原子炉注水容量	2	2	2	
		原子炉注水容量	2	2		原子炉注水容量	2	2	2	
		原子炉注水容量	1	1		原子炉注水容量	1	1	1	
		原子炉注水容量	1	1		原子炉注水容量	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	SBO影響 直後 区別1直流電源 を起動した場合は 区別II直流電源 を起動した場合は を起動した場合は	計器数	計器名称	SBO影響 直後 区別1直流電源 を起動した場合は 区別II直流電源 を起動した場合は	
崩壊熱除去系機能喪失 確認	3	原子炉圧力	1	サブプレッション・チェンバール水温度	1	サブプレッション・チェンバール水温度	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	3	原子炉圧力	3	原子炉圧力	3	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
透びし安全弁による原 子炉減圧	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力	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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	SBO影響 直後 区別1直流電源 を起動した場合は 区別II直流電源 を起動した場合は	計器数	計器名称	SBO影響 直後 区別1直流電源 を起動した場合は 区別II直流電源 を起動した場合は	
低圧代替注水系 (常設)による原 子炉注水 (1/3)	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
透びし安全弁による原 子炉減圧	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	SBO影響 直後 区別1直流電源 を起動した場合は 区別II直流電源 を起動した場合は	計器数	計器名称	SBO影響 直後 区別1直流電源 を起動した場合は 区別II直流電源 を起動した場合は	
低圧代替注水系 (常設)による原 子炉注水	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力	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】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	計器名称		補助パラメータ 分類理由	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		評価
	計器数	計器名称			計器数	計器名称	
崩壊熱除去機能喪失による原子炉注水	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	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	評価	
	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	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	評価	
	1	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	1	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	1	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	1	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	1	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	1	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	1	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	1	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	計器名称		補助パラメータ 分類理由	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		評価
	計器数	計器名称			計器数	計器名称	
崩壊熱除去機能喪失による原子炉注水 (2/3)	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	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	評価	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	

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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	計器名称		補助パラメータ 分類理由	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		評価
	計器数	計器名称			計器数	計器名称	
崩壊熱除去機能喪失による原子炉注水	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	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	評価	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	
	2	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	0	原子炉水位 (S.A.)	原子炉水位 (S.A.)	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	
代替種別機器スプレッドポンプ (常設) による原子炉格納容器内圧力監視	格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	格納容器内圧力(S/O)	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により監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	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により監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
原子炉格納容器内圧力(S/O)	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	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により監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	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により監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
原子炉格納容器内圧力(S/O)	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	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により監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	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により監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
原子炉格納容器内圧力(S/O)	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	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により監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	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により監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	
低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水 (3/3)	低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水 (3/3)	1	1	①	低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水 (3/3)	1	1	1	直接的に原子炉注水系の注水量を計測することにより監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
	低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水 (3/3)	1	1	①	低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水 (3/3)	1	1	1	直接的に原子炉注水系の注水量を計測することにより監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認

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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	
低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水	低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水	1	1	①	低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水	1	1	1	直接的に原子炉注水系の注水量を計測することにより監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認
	低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水	1	1	①	低圧代替注水系 (常設) による原子炉注水	1	1	1	直接的に原子炉注水系の注水量を計測することにより監視可能。監視事項は主要バッチャーにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	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
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※ (2/4)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	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	監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2		
		1	1	高圧代替注水系統流量	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン装置用)	1	1		
		1	1	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	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	
		1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1		
		1	1	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA)及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
		1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1		

※有効性評価上考慮しない操作
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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	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
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※ (2/4)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	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	監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2		
		1	1	高圧代替注水系統流量	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
		1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン装置用)	1	1		
		1	1	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	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	
		1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1		
		1	1	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA)及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
		1	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】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	SDI影響 直後 負荷切り直し後	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	SDI影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SDI
代替崩壊熱系による原子炉注水及び格納容器崩壊熱系(3/4)	原子炉水位(広帯域)	2	2	①	-	原子炉水位(SA広帯域)	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(燃料域)	2	2	①		原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
						高圧代替注水系統流量	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン用)	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン軟帯域用)	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン軟帯域用)	1	1		
						代替崩壊冷却系原子炉注水量	2	2		
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1		
						高圧炉心スプレイス系統流量	1	0		
						低圧炉心スプレイス系統流量	3	0		
						原子炉圧力(SA)	2	2		
						原子炉圧力(SA)サブレンジ	1	1		

※有効性評価上考慮しない操作
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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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	SDI影響 直後 負荷切り直し後	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	SDI影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SDI
格納容器フィルタバント系による原子炉格納容器崩壊熱	スクラフ容器圧力	4	4	①	-	ドライウエル圧力(SA)	2	2	原子炉格納容器が圧力の極端監視により、格納容器フィルタバント系の健全性を代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	第1ベンチフイルタ出口放射線モニタ(直レンジ・低レンジ)	2	2	①		サブレンジ圧力(SA)	2	2		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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		
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※(4/4)	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水 位変化より、代替循環冷却系 原子炉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
					原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子 炉水位の変化より、代替循環冷却 系原子炉注水流量の代替監視可能	
					原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	代替循環冷却系ポンプが正常に動 作していることを確認することに より代替監視可能	
	代替循環冷却系格納容器 スプレイ流量	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注 水流量	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

※有効性評価上考慮しない操作
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】
有効性評価から抽出
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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	抽出パラメータを計測する計器			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			評価			
	計器名称	計器数	直後 負荷印可後			計器名称	計器数	直後 負荷印可後		計器故障等	SBO	
低圧熱交換器(常 運転)による核種 冷却 (1/3)	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッジョン・チェン 圧力	1	1	直接的に核種容器内の圧力を計測 することができ、監視可能。 乾和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル差温度/圧力により代替監視 可能(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		
	サブプレッジョン・チェン 圧力	1	1	①	-	【ドライウエル圧力】 ドライウエル圧力 サブプレッジョン・チェン 圧力 サブプレッジョン・チェン 圧力 【サブプレッジョン・チェ ン圧力】	2	2	0	0	直接的に核種容器内の圧力を計測 することができ、監視可能。 サブ プレッジョン・チェン圧力により代替 監視可能(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
原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	原子炉水位(広帯域)	2	2	①	-	原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	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	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(SA燃料 域)	1	1	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燃料 域)	1	1	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燃料 域)	1	1	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燃料 域)	1	1	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燃料 域)	1	1	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燃料 域)	1	1	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燃料 域)	1	1	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燃料 域)	1	1	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燃料 域)	1	1	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	

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】
有効性評価から抽出
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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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 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
代替格納容器スプレッド系(常設)による格納容器の冷却(2/3)	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	直線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燃料)	1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2		
				低圧代替注水系統流量(常設ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系統流量(常設ライン兼帯)	1	1		
				低圧代替注水系統原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1		
				低圧代替注水系統原子炉注水流量(可動ライン兼帯)	1	1		
				代替格納容器系原子炉注水流量	2	2	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が可能	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統流量	1	1		
				減圧中心スプレッド系系統流量	1	0		
				残留熱除去系統流量	3	0		
				減圧中心スプレッド系系統流量	1	0		
				原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・ブール水位を測定可能	
				原子炉圧力(SA)	2	2		
				サブプレッション・ブール水位	1	1	代替監視可能	
				代替格納容器水位	1	1	代替格納容器水位、西側格納容器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系の水位監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
				西側格納容器水位	1	1		
				サブプレッション・ブール水位	1	1	サブプレッション・ブ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系の水位監視可能	

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】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対比号	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 負荷印可視後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	直後 負荷印可視後	計器故障等	SD
代替格納容器スプレッド系(常設)による格納熱除去(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	-	代替注水貯槽水位	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、低圧代替注水系原子炉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
	原子炉水位(SA燃料)	1	1			原子炉水位(広帯域)	1	1	原子炉水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能	
代替注水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能	
	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能	
	低圧代替注水系格納容器スプレッド流量(常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系格納容器スプレッド流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレッド流量の代替監視可能	
	低圧代替注水系格納容器スプレッド流量(可搬ライン用)	1	1			低圧代替注水系格納容器スプレッド流量(可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレッド流量の代替監視可能	
	低圧代替注水系格納容器下層注水流量	1	1			低圧代替注水系格納容器下層注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下層注水流量の代替監視可能	
	原子炉水位(広帯域)	2	2			原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位の水位変化より、低圧代替注水系格納容器下層注水流量の代替監視可能	
	原子炉水位(SA燃料)	1	1			原子炉水位(SA燃料)	1	1	原子炉水位の水位変化より、低圧代替注水系格納容器下層注水流量の代替監視可能	
	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	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、低圧代替注水系格納容器下層注水流量の代替監視可能	
	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2			常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力の水位変化より、低圧代替注水系格納容器下層注水流量の代替監視可能	
						原子炉水位、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール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	2	2	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】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対峙事故	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	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響		計器故障等	SDI	
			直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
熱源容器内圧力過剰し異常等による熱源容器除熱(1/2)	ドライウエル圧力	1	1	1	0	0	0	0	0	0	直接的に熱源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
	サブプレッジョン・チェンバール圧力	1	1	1	0	0	0	0	0	0	直接的に熱源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
低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬フイン装置)	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬フイン装置)	1	1	1	0	0	0	0	0	0	直接的に熱源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
	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬フイン装置)	1	1	1	0	0	0	0	0	0	直接的に熱源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
サブプレッジョン・プーラ水位	サブプレッジョン・プーラ水位	1	1	1	0	0	0	0	0	0	低圧代替注水系原子炉注水装置、低圧代替注水系熱源容器、低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬フイン装置)より監視可能。監視事項は抽出バロメータにて確認
	サブプレッジョン・プーラ水位	1	1	1	0	0	0	0	0	0	低圧代替注水系原子炉注水装置、低圧代替注水系熱源容器、低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬フイン装置)より監視可能。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: 有別監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.4 崩壊熱除去機能喪失
2.4.2 残留熱除去系が故障した場合

対応手段	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		
格納容器圧力逃がし装置等による格納容器除熱 (2/2)	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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
	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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
	フィルタ装置圧力	1	1	1	ドライウエール圧力	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 1	2 1	2 1	サブプレッション・チェンバース圧力 フィルタ装置スクラピング水温度	1 1	1 1	1 1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラピング水温度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】
有効性評価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

2.5 原子炉停止機能喪失

対峙手段	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	計器設備等	SBO
原子炉システム異常 監視	4	平均出力領域モニタ	4	抽出バロメータ 【初期検出監視用】	抽出バロメータにより平均出力領域モニタの代替監視 監視事項は主要バ ロメータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	10	起動領域モニタ	10	抽出バロメータ 【初期検出監視用】	抽出バロメータにより平均出力領域モニタの代替監視 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

2.5 原子炉停止機能喪失

対峙手段	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	計器設備等	SBO
原子炉システム異常 監視	2	平均出力領域計表	2	起動領域計表	抽出バロメータにより平均出力領域 計表の代替監視可能 監視事項は抽出 バロメータにて確認	監視事項は抽出 バロメータにて確認
	8	起動領域計表	8	抽出バロメータ 【初期検出監視用】	抽出バロメータにより平均出力領域 計表の代替監視可能 監視事項は抽出 バロメータにて確認	
機械的圧力トランス による高圧・低圧 注水系統監視 (1/2)	1	ドライウェル圧力	1	ドライウェル圧力	監視可能でありド ライウェル圧力 監視可能	監視事項は抽出 バロメータにて確認
	1	ドライウェル圧力	1	ドライウェル圧力	監視可能でありド ライウェル圧力 監視可能	

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】
有効性評価から抽出
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

2.5 原子炉停止機能喪失

対峙手段	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	計器設備等	SBO
原子炉システム異常 監視	4	平均出力領域計表	4	抽出バロメータ 【初期検出監視用】	抽出バロメータにより平均出力領域 計表の代替監視可能 監視事項は抽出 バロメータにて確認	監視事項は抽出 バロメータにて確認
	8	起動領域計表	8	抽出バロメータ 【初期検出監視用】	抽出バロメータにより平均出力領域 計表の代替監視可能 監視事項は抽出 バロメータにて確認	
機械的圧力トランス による高圧・低圧 注水系統監視 (1/2)	1	ドライウェル圧力 (SA)	1	ドライウェル圧力 (SA)	監視可能でありド ライウェル圧力 監視可能	監視事項は抽出 バロメータにて確認
	1	ドライウェル圧力 (SA)	1	ドライウェル圧力 (SA)	監視可能でありド ライウェル圧力 監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.5 原子炉停止機能喪失

対応手段	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	計器故障等	SBO
自動減圧系の自動起動阻止 (1/2)	原子炉水位 (SA広帯域)	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の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
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	ドライウエル温度	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル温度/圧力により代替監視可能	
	原子炉水位 (SA燃料域)	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	
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉内圧力計測可能	
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉内圧力計測可能	
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	低圧代替注水系統流量	1	1		
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1		
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン装置)	1	1		
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン装置)	1	1		
	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン装置)	1	1		
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	特殊循環冷却系原子炉注水量	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水量と熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能		
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1			
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	高圧中心スプレイ系統流量	1	0			
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	残留熱除去系統流量	3	0			
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	低圧中心スプレイ系統流量	1	0			
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の裏水を推定可能		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.5 原子炉停止機能喪失

対応手段	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	計器故障等	SBO
自動減圧系及び代替自動減圧機能の自動起動阻止	原子炉水位 (SA)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 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	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (SA)	1	1	高圧原子炉代替注水量	1	1		
	原子炉水位 (SA)	1	1	代替注水量 (常設)	1	1		
	原子炉水位 (SA)	1	1	低圧原子炉代替注水量 (燃料域用)	2	2		
	原子炉水位 (SA)	1	1	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	1	1		
	原子炉水位 (SA)	1	1	高圧中心スプレイポンプ出口流量	1	0		
	原子炉水位 (SA)	1	1	残留熱除去ポンプ出口流量	3	0		
	原子炉水位 (SA)	1	1	低圧中心スプレイポンプ出口流量	1	0		
	原子炉水位 (SA)	1	1	残留熱代替除去系原子炉注水量	1	1		
	原子炉水位 (SA)	1	1	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の裏水を推定可能	

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】
有効性評価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

2.5 原子炉停止機能喪失

対応手段	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	SDO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	SDO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SDO
自動減圧系の自動 起動阻止 (2/2)	原子炉水位 (圧縮機)	2	1	① ①		原子炉水位 (SA広帯 域)	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉水位 (燃料機)	2	1			原子炉水位 (SA燃料 機)	1	1		
						高圧代替注水系統流量	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 (常設ライン装置 域用)	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン装置 域用)	1	1		
						代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2		
						原子炉隔離時冷却系統 流量	1	1		
						高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0		
						残留熱除去系統流量	3	0		
						低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0		
						原子炉圧力	2	2		
			原子炉圧力 (SA) サブレンジション・チェン バ圧力	2	2					
				1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブレンジション・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				

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

2.5 原子炉停止機能喪失

対応手段	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	SDO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	SDO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SDO	
残留熱除去系 (サブレンジション・プ ール本 水冷却器) 運転による原子炉燃料 器加熱	平均出力領域計表	6	0	①	-	中性子源領域計表	4	0	中性子源領域計表により平均出力領域計表の代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	中間領域計表	8	0			中間領域計表により平均出力領域計表の代替監視可能 【制御棒手動操作・監視系】	中間領域計表により平均出力領域計表の代替監視可能 【制御棒手動操作・監視系】				
	中性子源領域計表	4	0			中性子源領域計表により中間領域計表の代替監視可能	中性子源領域計表により中間領域計表の代替監視可能				
						平均出力領域計表	6	6	平均出力領域計表により中間領域計表の代替監視可能		平均出力領域計表により中間領域計表の代替監視可能
						【制御棒手動操作・監視系】	1	1	【制御棒手動操作・監視系】の制御棒の位置表示により、 制御棒手動操作・監視系の制御棒の位置表示が可能		【制御棒手動操作・監視系】の制御棒の位置表示により、 制御棒手動操作・監視系の制御棒の位置表示が可能
						中間領域計表	8	0	中間領域計表により中性子源領域計表の代替監視可能		中間領域計表により中性子源領域計表の代替監視可能
						平均出力領域計表	6	6	平均出力領域計表により中性子源領域計表の代替監視 可能		平均出力領域計表により中性子源領域計表の代替監視 可能
						【制御棒手動操作・監視系】	1	1	【制御棒手動操作・監視系】の制御棒の位置表示により、 制御棒手動操作・監視系の制御棒の位置表示が可能		【制御棒手動操作・監視系】の制御棒の位置表示により、 制御棒手動操作・監視系の制御棒の位置表示が可能
						サブレンジション・プ ール本 温度 (SA)	2	2	サブレンジション・プ ール本温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能		サブレンジション・プ ール本温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能
						残留熱除去ポンプ出口流量	2	0	残留熱除去ポンプが正常に動作していることを確認す ることにより代替監視可能		残留熱除去ポンプが正常に動作していることを確認す ることにより代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
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

2.5 原子炉停止機能喪失

対応手段	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		
ほう酸水注入系による原子炉本臨界操作	平均出力領域計表	2	0		起動領域計表	8	0		起動領域計表により平均出力領域計表の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	起動領域計表	8	0		[制御棒操作監視系]	1	0		制御棒操作監視系の制御棒位置指示により、未臨界状態が推定可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系(サブプレッジョン・プールの冷却系) 運転	3	3		平均出力領域計表	2	0		平均出力領域計表により起動領域計表の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
残留熱除去系(サブプレッジョン・プールの冷却系) 運転	サブプレッジョン・プール水温度	3	3		[制御棒操作監視系]	1	0		制御棒操作監視系の制御棒位置指示により、未臨界状態が推定可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	残留熱除去系系統流量	2	0		サブプレッジョン・チェンバースイッチング温度	2	2		サブプレッジョン・チェンバースイッチング温度の変化によりサブプレッジョン・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
					サブプレッジョン・プール水位	1	1		サブプレッジョン・プール水位の位置変化より、残留熱除去系系統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
					原子炉水位(広帯域)	2	2		原子炉水位(広帯域)と原子炉水位(狭帯域)の差により、残留熱除去系系統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
				残留熱除去系系統流量	2	0			残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統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
					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	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】
有効性評価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

2.6 LOCA時注水機能喪失

対応手段	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 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価
	計器数	計器名称	計器数	計器名称					
外部電源喪失及び原子炉システム確認	4	平均出力領域モニタ	10	平均出力領域モニタ	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
	4	平均出力領域モニタ	10	平均出力領域モニタ	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
高圧・低圧注水機能喪失確認	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
外部電源喪失及び原子炉システム確認	3	原子炉水位(広帯域)	3	原子炉水位(広帯域)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
	2	原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(燃料域)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
高圧・低圧注水機能喪失確認	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
外部電源喪失及び原子炉システム確認	2	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(広帯域)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
	2	原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(燃料域)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
高圧・低圧注水機能喪失確認	2	原子炉水位(SA)	2	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測
	2	原子炉水位(SA)	2	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は主要ベ ンチパラメータにて観 測

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.6 LOCA時注水機能喪失

対応手段	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 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価
	計器数	計器名称	計器数	計器名称					
外部電源喪失及び原子炉システム確認	2	平均出力領域計装	8	平均出力領域計装	-	①	-	0	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
	8	平均出力領域計装	8	平均出力領域計装	-	①	-	0	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
高圧・低圧注水機能喪失確認 (1/3)	1	原子炉水位(SA広帯域)	2	原子炉水位(SA燃料域)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
	1	原子炉水位(SA燃料域)	2	原子炉水位(SA燃料域)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
外部電源喪失及び原子炉システム確認	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	原子炉水位(SA燃料域)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	原子炉水位(SA燃料域)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
高圧・低圧注水機能喪失確認	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
	1	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測

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

2.6 LOCA時注水機能喪失

対応手段	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 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価
	計器数	計器名称	計器数	計器名称					
外部電源喪失及び原子炉システム確認	6	平均出力領域計装	4	平均出力領域計装	-	①	-	0	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
	8	平均出力領域計装	8	平均出力領域計装	-	①	-	0	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
高圧・低圧注水機能喪失確認	2	原子炉水位(広帯域)	1	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測
	2	原子炉水位(燃料域)	1	原子炉水位(SA)	-	①	-	1	計器故障等 監視事項は抽 出パラメータ にて観測

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.6 LOCA 時注水機能喪失

対応手段	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		
過剰し受容率による原子炉過熱防止	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力	3	3	1	監視不能 監視不能	監視不能 監視不能
					原子炉圧力(広帯域)	3	3	1	監視不能 監視不能	監視不能 監視不能
原子炉圧力(広帯域)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(広帯域)	3	3	1	監視不能 監視不能	監視不能 監視不能
					原子炉圧力(SA)	1	1	1	監視不能 監視不能	監視不能 監視不能
原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	3	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	監視不能 監視不能	監視不能 監視不能
					原子炉圧力(広帯域)	3	3	1	監視不能 監視不能	監視不能 監視不能
原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	監視不能 監視不能	監視不能 監視不能
					原子炉圧力(広帯域)	1	1	1	監視不能 監視不能	監視不能 監視不能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.6 LOCA 時注水機能喪失

対応手段	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		
高圧・低圧注水機能喪失確認(3/3)	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	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、原子炉隔離時冷却系 系統流量の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
					原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	原子炉圧力(広帯域)は原子炉隔離時冷却系 系統流量の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
高圧炉心スプレイレイン出口流量	高圧炉心スプレイレイン系統 残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	1	0	0	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常 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(広帯域)	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常 に動作していることを確認すること により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
低圧炉心スプレイレイン出口流量	低圧炉心スプレイレイン系統 残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	1	0	0	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、高圧炉心スプレイレ イン系統流量の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
					原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常 に動作していることを確認すること により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
残留蒸気除去系ポンプ吐出圧力	残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	3	0	0	高圧炉心スプレイレイン系 統残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	1	0	0	高圧炉心スプレイレイン系ポンプが正常 に動作していることを確認すること により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
					低圧炉心スプレイレイン系 統残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	1	0	0	低圧炉心スプレイレイン系ポンプが正常 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.6 LOCA 時注水機能喪失

対応手段	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		
高圧・低圧注水機能喪失確認	原子炉隔離時冷却系ポンプ出口流量	1	1	1	サブプレッション・プール水位(SA)	1	1	1	本所でもサブプレッション・プール水位(SA)の水 位変化より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
					原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常 に動作していることを確認すること により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
高圧炉心スプレイレイン出口流量	高圧炉心スプレイレイン系 統残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	1	0	0	サブプレッション・プール水位(SA)	1	1	1	水素であるサブプレッション・プール水位(SA)の水 位変化より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
					原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常 に動作していることを確認すること により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
残留蒸気除去系ポンプ吐出圧力	残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	3	3	0	高圧炉心スプレイレイン系 統残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	1	1	0	高圧炉心スプレイレイン系ポンプが正常 に動作していることを確認すること により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
					低圧炉心スプレイレイン系 統残留蒸気除去系ポン プ吐出圧力	1	1	0	低圧炉心スプレイレイン系ポンプが正常 に動作していることを確認すること により代替監視可能	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】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.6 LOCA時注水機能喪失

対応手段	計器名称		計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	評価
	計器名称	分類		直後	負荷切り離し後			計器名称	分類			
原子炉水位 (S.A.燃料 城) 原子炉水位 (S.A.燃料 城)	原子炉水位 (S.A.燃料城)	①	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	②	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	③	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	④	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑤	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑥	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑦	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑧	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑨	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑩	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑪	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑫	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	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

2.6 LOCA時注水機能喪失

対応手段	計器名称		計器数	SBO影響		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	抽出パラメータを計測する計器		評価
	計器名称	分類		直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数			直後	負荷切り離し後	
原子炉水位 (S.A.燃料 城) 原子炉水位 (S.A.燃料 城)	原子炉水位 (S.A.燃料城)	①	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	直後に原子炉水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前線熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視パラメータにて監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	②	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	③	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	④	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑤	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑥	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑦	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑧	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑨	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑩	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑪	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑫	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	

※有効性評価上考慮しない操作
①：重要監視パラメータ、②：補助パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
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

2.6 LOCA時注水機能喪失

対応手段	計器名称		計器数	SBO影響		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	抽出パラメータを計測する計器		評価
	計器名称	分類		直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数			直後	負荷切り離し後	
原子炉水位 (S.A.燃料 城) 原子炉水位 (S.A.燃料 城)	原子炉水位 (S.A.燃料城)	①	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	直後に原子炉水位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
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	②	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	③	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	④	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑤	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑥	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑦	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑧	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑨	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑩	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑪	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	
	原子炉水位 (S.A.燃料城)	⑫	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	1	1	原子炉水位 (燃料城)	1	

※ 有効性評価上考慮しない操作

重大事故等対処に係る監視事項

2.6 LOCA 時注水機能喪失

Table with columns: 対称手段, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, ハワメータ分類, 補助ハワメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 評価, SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.6 LOCA 時注水機能喪失

Table with columns: 対称手段, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, ハワメータ分類, 補助ハワメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 評価, SBO

※有効監視は黒塗り表示しない欄内

①：重要監視ハワメータ，②：有効監視ハワメータ，③：補助ハワメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.6 LOCA 時注水機能喪失

Table with columns: 対称手段, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, ハワメータ分類, 補助ハワメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 評価, SBO

※ 有効監視は黒塗り表示しない欄内

- ・設備の相違
【柏崎 6/7，東海第二】
有効性評価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

2.6 LOCA 時注水機能喪失

対応手段	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	計器故障等	SBO
格納容器圧力が上昇する原子炉冷却剤循環ポンプ	1	格納容器内圧力(D/W)	1	格納容器内圧力(S/O)	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって監視可能。ドライウェル雰囲気温度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
	2	格納容器内圧力(D/W)	2	ドライウェル雰囲気温度	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(D/W)	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	格納容器内圧力(S/O)	1	格納容器内圧力(D/W)	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サプレッション・チェンバール水位	1	サプレッション・チェンバール水位	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サプレッション・チェンバール水位	1	サプレッション・チェンバール水位	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サプレッション・チェンバール水位	1	サプレッション・チェンバール水位	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サプレッション・チェンバール水位	1	サプレッション・チェンバール水位	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サプレッション・チェンバール水位	1	サプレッション・チェンバール水位	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サプレッション・チェンバール水位	1	サプレッション・チェンバール水位	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サプレッション・チェンバール水位	1	サプレッション・チェンバール水位	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	サプレッション・チェンバール水位	1	サプレッション・チェンバール水位	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって代替監視可能。	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

2.6 LOCA 時注水機能喪失

対応手段	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	計器故障等	SBO
逃がし安全弁による原子炉急速減圧	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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

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】
有効性評価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

2.6 LOCA 時注水機能喪失

対応手段	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	計器故障等	SBO
逃がし安全弁による原子炉急速減圧	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

2.6 L.O.C.A時注水機能喪失

対応手段	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 負荷切り直し後	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	負荷切り直し後
軽圧代替注水系 (常設)による原 子炉注水 (1/3)	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	1
	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

2.6 L.O.C.A時注水機能喪失

対応手段	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 負荷切り直し後	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	負荷切り直し後
軽圧代替注水系 (常設)による原 子炉注水	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	高圧原子炉代替注水流量	1	1	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	代替注水流量 (常設)	1	1	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	低圧原子炉代替注水流量 (燃料域)	2	2	2
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉保護時冷却ポンプ出口流量	1	1	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	残熱除去ポンプ出口流量	3	0	0
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	残熱除去ポンプ出口流量	1	1	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1
	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力 (SA)	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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違