

重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分I 高圧電源 を起動した場合 を延命した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分I 高圧電源 を起動した場合 を延命した場合	計器故障等	SBO				
対応手段 事故時運転操作手順 書(事故ベース) 「原子炉冷却系」 事故時運転操作手順 書(シビアアクシデン ト)対応 事故時運転操作手順 書(停止時運転ベ ース) [SFP 原子炉水位・温 度監視] AM 設備別操作手順書 [SFP ぬくい燃料] [SFP ぬかカメラ冷却 装置起動]	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	燃料プール水位・温 度(SA,広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		燃料プール温度高 警報	1	1	0	燃料プール温度監視カ メラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA,広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA,広域)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		スキマカメラ	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	使用済燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視 カメラ	1	1	0	③	使用済燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	3	3	0	③	使用済燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	4	4	1	③	使用済燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	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			
非常時運転手 順書 II (事故 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書 (2 / 3)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		緊急用直流125V主母線 電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
直流125V主母線盤2B 電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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	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				
								計器故障等	SBO	計器故障等	SBO	計器故障等	SBO			
非常時運転手 順書 II (事故 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書 (2 / 3)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		緊急用直流125V主母線 電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		直流125V主母線盤2B 電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の 遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の 遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の 遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	燃料プールの状態 を確認するカメラ	1	1	1	1	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の 遮蔽状況及び燃料体の防圧状態を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 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		計器数	計器名称	SBO影響	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後							
1.11.2.1 使用済燃料プールから発電する水素気による影響を低減するための対応手順 (1) 代替交流電源装置を使用した燃料プール冷却システムによる使用済燃料プールの冷却 (2) 燃料プールの電圧低 警報 (3) 燃料プールの電圧低 警報 (4) 燃料プールの電圧低 警報 (5) 燃料プールの電圧低 警報 (6) 燃料プールの電圧低 警報 (7) 燃料プールの電圧低 警報 (8) 燃料プールの電圧低 警報 (9) 燃料プールの電圧低 警報 (10) 燃料プールの電圧低 警報	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	0	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報	
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報
	非常時運転作手手順 (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御) (SFP 運転 - 電圧制御)	燃料プールの電圧低 警報	1	1	1	①	-	-	1	使用済燃料プール電圧低 警報	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体の冷却状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	使用済燃料プール電圧低 警報

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	SBO影響	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後							
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	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	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転して、代替淡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
非常時運転作手手順 II (危機ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	判断基準 (3 / 3)							2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
								2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
								1	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	原子炉水位の代替監視可能	
								1	サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	SBO影響	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後							
非常時運転作手手順 II (危機ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	判断基準 (3 / 3)							1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転して、代替淡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
								2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
								2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
								1	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	原子炉水位の代替監視可能	
								1	サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能	

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SRD	
		計器名称	計器数	SRD影響			計器名称	計器数	SRD影響				
				直後	直後				直後	直後			
非常時運転手 順書Ⅱ(復旧) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		燃料プール温度高 警報	1	1	0		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認		
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1		使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1		使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認		
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認		
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	0	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	0	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	0	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	0	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること ら、監視事項は主要パラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SRD	
		計器名称	計器数	SRD影響			計器名称	計器数	SRD影響				
				直後	直後				直後	直後			
非常時運転手 順書Ⅱ(復旧) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	0	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1		①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1		①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1		①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認
操作 (1, 2)	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		原子炉建屋換気系燃料取替気排気ダクト放射線モニタ	4	4	0		③	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0		③	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0		③	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1		使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SRD	
		計器名称	計器数	SRD影響			計器名称	計器数	SRD影響				
				直後	直後				直後	直後			
非常時運転手 順書Ⅱ(復旧) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		燃料プール温度高 警報	1	1	0		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認		
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1		使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1		使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認		
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認		
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	0	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	0	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認	-	
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	0	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	0	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することら、監視事項は主要パラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	SBO
非常時運転手順書Ⅱ(微候「使用済燃料プールの制御」AM設備別操作手順書)	操作(2/2)	水源の確保	①	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	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	1		
								低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	1		
								原子炉水位(広帯域)	2	2	1		
								原子炉水位(燃料域)	2	2	1		
								原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1		
原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1										
サブプレッション・プール水位	1	1	1										
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	対応手段	分類	計器数	計器名称	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
							計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響	
非常時運転手順書Ⅱ(微候「使用済燃料プールの制御」AM設備別操作手順書)	操作(2/2)	水源の確保	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	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1				
								低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	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	1				
								低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	1				
								低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1	1				
								低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	1				
								原子炉水位(広帯域)	2	2	1				
								原子炉水位(燃料域)	2	2	1				
								原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1				
原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1												
サブプレッション・プール水位	1	1	1												
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2												

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 d. 消火系による使用済燃料プールへの注水 非常時運転手順書(徴検)「使用済燃料プールの監視・AM設置別機作手順書」	使用済燃料プールの温度 (S.A)	使用済燃料プールの温度 (S.A)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プールの水位・温度 (S.A)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プールの温度 (S.A)	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		使用済燃料プールの温度 (S.A)	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		燃料取扱フロア燃料プールの温度 (S.A)	1	0	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		燃料取扱フロア放射線モニタ	4	4	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				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		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					
対心手段 非常時運転手順書II(後継ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	電源	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		水源の確保	1	0	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		判断基準 (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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 [負荷切り離し後]	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 [負荷切り離し後]	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 観測Ⅱ(微検 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		燃料取扱フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉建屋換気系燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉建屋換気系排気ダ クト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価			
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「使用済燃料アール制御」AM設備別機作手順書	操作 ② ②	補機監視機能 水源の確保	消火系ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	消火系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			残留熱除去系系統流量	2	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	代替源水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO				
												パラメータ 分類	補助パラメータ 分理由		
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールのスプレイ a. 常設低圧代替注水系 (常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへのスプレイ 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール温度 (SA) 放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	直後 SBO影響 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	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO			
非常時運転手 手順書Ⅱ(既設 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	冷却 基準 (2 / 2)	水源の確保 代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
			1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン制御専用)	1	1	1				
			1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	1				
			1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン制御専用)	1	1	1				
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1				
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1				
			1	1	①	-	低圧代替注水系格納容器下部注 水流速	1	1	1				
			2	2	①	-	原子炉水位(既設)	2	2	1				
			1	1	①	-	原子炉水位(SA広域)	1	1	1				
			1	1	①	-	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1				
操 作 (1 / 2)	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	①	-	常設低圧代替注水ポンプ吐出 圧力	2	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能 代替淡水貯槽内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び過熱 防止状況を確認することができ ば、使用済燃料プールの監視可 能 使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び過熱 防止状況を確認することができ ば、使用済燃料プールの監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
			1	1	①	-	使用済燃料プール温度・湿度 (SA広域)	1	1	1				
			1	1	①	-	使用済燃料プール放射線 モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	1				
			1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1				

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			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	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	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 操作 (2 / 3)	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		低圧代替注水系使用済燃料プール流量 (常設ライン用)	1	1	③	低圧代替注水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(敬候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 機 作 (3 / 3)	代替淡水貯槽水位	1	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	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 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 (可搬ライン拡張用)	1	1	
			1	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	
			1	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	
			1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(サブレーション・ プール水位の変化より、代替淡 水貯槽水位の代替監視可能)	1	1	
			1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能	1	1	
			1	1	1	1	サブレーション・プール水位	1	1		1	1	
			2	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2		2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				計器名称	抽出パラメータ				計器名称	計器				評価
		分類	計器名称	計器数	直後   負荷切り戻し後		パラメータ	補助パラメータ	計器数	直後   負荷切り戻し後		計器数	直後   負荷切り戻し後	計器故障等	SBO	
1.11.2.2 使用済燃料プールスプレッド	非常時運転手順書II (微降降下) (使用済燃料プール制御) AM設備別編作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度の監視	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	判断基準 (1/2)	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(危機 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備明瞭 作手順書	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系燃帯域スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系燃帯域下部注 水流量	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源として いる系統のうち、運転している 系統の注水量より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能	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(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃帯域) サブプレッション・プール水位	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能					
判断基準 (2/2)	水源の確保	代替淡水貯水水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可燃プライン燃帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可燃プライン燃帯域用) 低圧代替注水系燃帯域スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系燃帯域スプレ イ流量(可燃プライン用) 低圧代替注水系燃帯域下部注 水流量	1	1	1	代替淡水貯水設備を水源として いる系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯水 設備水位の代替監視可能	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(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃帯域) サブプレッション・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2 2 1 1 1 2	2 2 1 1 1 2	2 2 1 1 1 2	原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、代替淡 水貯水設備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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響		
				直接	負荷切り離し後			直接	負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (常設 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備明機 作手順書	使用済燃料 プールの監視 操作 (1, 3)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価		
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	操作 (2 / 3) 水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン取付域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(ばり帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SAばり帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・プール水位	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
						補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類					
						ハラムメータ 分類	ハラムメータ 分類					
						低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)				1	1
						低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用)	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用)				1	1
						低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)				1	1
						低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)				1	1
						低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	低圧代替注水系格納容器下部注 水流量				1	1
						原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)				2	2
						原子炉水位(燃料域)	原子炉水位(燃料域)				2	2
原子炉水位(SA広帯域)	原子炉水位(SA広帯域)	1	1									
原子炉水位(SA燃料域)	原子炉水位(SA燃料域)	1	1									
サブプレッジョン・プール水位	サブプレッジョン・プール水位	1	1									
常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2									
									原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、代替淡 水貯槽水位の代替監視可能			
									代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バウメータを計測する計器			補助バウメータ			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後   負荷切り戻し後	バウメータ 分類	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後   負荷切り戻し後	
1.11.2.2 使用済燃料プールから大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールスプレイ （可搬型代替立水装置）による代替燃料プール注水系（可搬型スプレイ/ズ）を使用した使用済燃料プールのスプレイ（凉水/海水） 非常時運転中 燃料プールスプレイ （可搬型代替立水装置）による代替燃料プール注水系（可搬型スプレイ/ズ）を使用した使用済燃料プールのスプレイ（凉水/海水） 「使用済燃料プール制御」 AM設備別機 作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	①	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	燃料取替プロセス燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	③	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	原子炉母屋換気系統放射 線モニタ	4	4	③	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	原子炉母屋換気系統放射 線モニタ	4	4	③	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	緊急用M/C電圧	1	1	③	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	緊急用P/C電圧	1	1	③	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				
	緊急用交流(125)主母線電 圧	1	1	③	-	-	使用済燃料プール内の冷却水 温度の監視 監視事項は抽出バウメータ の監視可能にて確認 使用済燃料プールの監視可能にて確認				

①：重要監視バウメータ、②：有線監視バウメータ、③：補助バウメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ			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   SPO影響   負荷切り直し後	ハワメータ	補助ハワメータ	計器名称	計器数	直後   SPO影響   負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 手順Ⅱ (復旧 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (2 / 2)	代替淡水貯槽水位	1	1				低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能  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 (常設ライン制御用)	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可換ライン用)	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可換ライン制御用)	1	1		
								低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1		
								低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (可換ライン用)	1	1		
								低圧代替注水系統熱交換器下部注 水流	1	1		
								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 (S.A.広帯域)	1	1		
機 作 ( 1 / 2)	使用済燃 料プ ールの 監視	使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1				原子炉水位、サブプレッジョン、 プール水位の変化より、代替淡 水貯槽水位の代替監視可能	2	2	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能  使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	
								常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2		
								使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1		
								使用済燃料プールエリア放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1		
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1		
								使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1		
								使用済燃料プールエリア放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1		
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1		
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1		
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類		補助パラメータ		抽出パラメータ		計器名称		計器数		計器数		評価	SDI	
		計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読			
非常時運転手 班長Ⅱ(常換) 班員Ⅱ(使用済燃料 プールの監視) AM設備別換 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プールの監視	メラ	1	1	①	-	使用済燃料プールの監視メラ	1	1	使用済燃料プールの監視メラ	1	1	1	1	使用済燃料プールの監視メラ	1	1
		放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プールの放射線モニタ	1	1	使用済燃料プールの放射線モニタ	1	1	1	1	使用済燃料プールの放射線モニタ	1	1	1
		燃料使用フロア燃料プールの監視	1	0	③	-	燃料使用フロア燃料プールの監視メラ	1	0	燃料使用フロア燃料プールの監視メラ	1	0	-	-	燃料使用フロア燃料プールの監視メラ	1	0	-
		原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	③	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-
		原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	③	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-
		原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	③	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-
		原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	③	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-
		原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	③	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-
		原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	③	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-
		原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	③	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-	-	原子炉冷却系高濃燃料取	4	4	-
水源の確保	代替冷却水貯槽水位	1	1	①	-	代替冷却水貯槽水位	1	1	代替冷却水貯槽水位	1	1	1	1	代替冷却水貯槽水位	1	1	1	

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	直後	SBO影響	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順									
(2) 漏えい検知									
a. 使用済燃料プール漏えい検知									
非常時運転手順書 II (廃燃料「使用済燃料プール制御」) AM設備別操作手順書									
使用済燃料プールの監視									
別紙 監視 (1) 2									
使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	①	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プール監視カメラ	①	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	① ①	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能
燃料貯蔵フロア燃料プールエリア放射線モニタ	③	1	0	0	1	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気室燃料貯蔵室排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	4	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気室排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	4	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース)「使用済燃料プールの制御」AM設備別操作手順書	判断基準(2/2) 電源		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(燃焼 ベース) 【使用済燃料 プール前側】 AM設備別機 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 操作	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉建屋燃焼系燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉建屋燃焼系排気ダ クト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価					
		計器名称	計器数	直接	負荷切り戻し後	計器名称	計器数	直接	負荷切り戻し後	計器故障等	SBO
非常時運転中 項目B (燃料 貯蔵槽) 使用済燃料 プール監視 AM設備別機 作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	使用済燃料プール温度・重電 (SA広域) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高電圧 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。
	使用済燃料 プール温度 (SA広域)	1	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高電圧 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。
	使用済燃料 プール監視力 メータ	1	1	1	①	使用済燃料プール監視力メータ (SA広域) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高電圧 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。
	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	緊急用M/C電圧の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。
	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	緊急用P/C電圧の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。
	緊急用直電120V主母線電 圧	1	1	1	③	緊急用直電120V主母線電圧	1	1	1	1	緊急用直電120V主母線電圧の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。
	使用済燃料 プール温度 (SA)	1	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA広域) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高電圧 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。
	使用済燃料 プール温度 (SA広域)	1	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高電圧 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。
	使用済燃料 プール監視力 メータ	1	1	1	①	使用済燃料プール監視力メータ (SA広域) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の高電圧 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽内の監視可能。監視事項は抽 出パラメータによる。

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後   負荷切り直し後   SBO影響	計器名称	計器数	直後   負荷切り直し後   SBO影響		
1.11.2.4 使用済燃料プールからの発生する水蒸気による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (g) 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 非常時運転手順書 II (廃除ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		スキャマージャクタ水位	1	0	0	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	-	-	-	-
		緊急用排水流量 (代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	-	-	-	-
		監視機能							
		機能							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール水 位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視 カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	代替燃料プール冷却系 熱交換器出口温度 緊急用海水系流量(代 替燃料プール冷却系熱 交換器)	1	1	1	1	1	1	1	緊急用海水系の 運転状態を確認 するパラメータ 運転用海水系を確認 するパラメータ	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SDO	
			計器数	直後   負荷切り離し後	計器数	直後   負荷切り離し後			
									パラメータ分類
1.11.2.4 使用済燃料プールの除熱 (1) 使用済燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (b) 緊急用海水系による冷却水(海水)の確保		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
非常時運転手順書II (徴収ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書		使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視機能	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	
1.11.2.4 使用済燃料プールから発生する水蒸気による悪影響を防止するための対応手順 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (c) 代替燃料プール冷却系として使用する可搬型代替注水大型ポンプによる冷却水(海水)の確保								
非常時運転手順書 II (備録)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器数	抽出理由	抽出パラメータ分類	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	直後	直後	直後		直後	直後								
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	2	1	0	0	①	—	—	2	0	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能
			2	1	0	0	①	—	—	2	0	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	2	2	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能
			2	2	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	3	3	1	1	①	—	—	3	3	1	1	①	①	①	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能
			2	2	1	1	①	—	—	2	2	1	1	①	①	①	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	1	1	1	1	①	—	—	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能
			1	1	1	1	①	—	—	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO					
			計器名称	計器数	直後	直後	計器名称	計器数	直後	直後			計器名称	計器数	直後	直後	
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタの放射線量より代替監視可能	
			格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタの放射線量より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力 (S/A)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能	
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能	
			原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	1	1	1
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能
			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	—	—	2	0	0	—	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO					
			計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後							
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタの放射線量より代替監視可能	
			格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力 (S/A)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能	
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位容器内の放射線量モニタの放射線量より代替監視可能
			原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	—	—	1	1	1	1	1	1	1	1	1
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	—	—	2	0	0	—	—	—	—	—	残留熱除去系が運転状態であれば、残熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器内の放射線量より代替監視可能
			原子炉圧力 (S/A)	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2



1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
多様なハザード対応手順 「大容量送水車（原子炉 中継放水設備）及び び放水砲による大気へ の放射性物質の拡散抑 制」	使用済燃料プールの監視	燃料プール水位低 警報	1	1	—	—	—	—	—	
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用済燃料貯蔵プール放射線 モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用済燃料貯蔵プール放射線 モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
重大事故等対 処手順 ① ② ③ ④ ⑤ ⑥	原子炉圧力 容器内 の水位	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	原子炉水位 (広帯域)	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	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	高圧代替注水系統流量 監視	1	1	高圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
重大事故等対 処手順 ① ② ③ ④ ⑤ ⑥	原子炉圧力 容器内 の水位	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	原子炉水位 (広帯域)	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	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	高圧代替注水系統流量 監視	1	1	高圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	—	低圧代替注水系統流量 監視	1	1	低圧代替注水系統流量監視	監視事項は主要ハ ザードにて確認

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



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
多量なバウナード対応手 続(大気放出抑制装置(原子 力発電所)及び大気へ の放射性物質の拡散抑制 装置)	原子炉圧 力調整 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		復水補助注水系統流量(0.8M A系代 替注水流量)	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力調整 の注水量	低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力調整 の注水量	燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)	監視事項は主要バ ウナード対応手続 パラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

Table with columns for counter type, location, name, and status. It details various monitoring points like steam generator pressure and temperature across different reactor units.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

Table detailing monitoring items for major accidents, including categories like steam generator pressure and temperature, and their corresponding actions.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

Table detailing monitoring items for major accidents at Shimane Nuclear Power Plant, covering steam generator parameters and related systems.

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



重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータ		計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後	
対応手段 多量なバード汚染手 上放射性物質漏洩事故に よる機軸への放射性物 質の拡散抑制)	原子炉圧 力異常、 原子炉注水 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	①	0	0	復水貯槽水位 (SA)	1	1	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
		低圧代替注水系統流量 (400A 系)	1	1	1	①	0	0	原子炉水位 (圧帯線)	3	3	格納容器スプレイ流量の代替監視可能
		復水補給水系統流量 (400B A 系)	1	1	1	①	0	0	原子炉水位 (圧帯線)	3	3	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
		復水補給水系統流量 (400B B 系)	1	1	1	①	0	0	原子炉水位 (圧帯線)	3	3	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
		復水補給水系統流量 (400B C 系)	1	1	1	①	0	0	原子炉水位 (圧帯線)	3	3	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
		原子炉隔離時停炉系統流量	1	1	0	①	0	0	復水貯槽水位 (SA)	1	1	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
		制御棒駆動系統流量	1	1	0	③	0	0	サブプレッジョン・チェンハンプ の水位	1	1	水源であるサブプレッジョン・チェンハンプの位 位の水変化より代替監視可能
		復水補給系統流量	3	3	1	①	1	1	原子炉水位 (圧帯線)	3	3	格納容器下部注水流量の代替監視可能
		高圧炉心注水系統流量	2	2	0	①	1	1	原子炉水位 (圧帯線)	2	2	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
									原子炉水位 (SA)	1	1	代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータ		計器名称	SBO影響		評価		
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後			
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器へ の注水量	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	①	①	0	0	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽 水位の水変化より、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		
		低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	1	1	①	①	0	0	サブプレッジョン・プール 水位	1	1	サブプレッジョン・プール水の水変化 により、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		
		低圧代替注水系統格納容器 下部注水流量	1	1	①	①	0	0	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽 水位の水変化より、低圧代替注水 系統格納容器下部注水流量の代 替監視可能		
		原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	①	0	0	サブプレッジョン・チェン ハンプ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測するこ とができ、監視可能		
									ドライウエル周囲気温度	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル周囲気温度により代替監視可 能		
									[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		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータ		計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器内 の圧力	高圧炉心注水系統流量	1	1	①	①	0	0	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽 水位の水変化より、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	
		低圧炉心注水系統流量	1	1	①	①	0	0	サブプレッジョン・プール 水位	1	1	サブプレッジョン・プール水の水変化 により、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	
		低圧代替注水系統格納容器 下部注水流量	1	1	①	①	0	0	代替注水貯槽水位	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽 水位の水変化より、低圧代替注水 系統格納容器下部注水流量の代 替監視可能	
		原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	①	0	0	サブプレッジョン・チェン ハンプ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測するこ とができ、監視可能	
									ドライウエル周囲気温度	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル周囲気温度により代替監視可 能	
									[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	

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

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			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	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後		計器名称	計器数	SBO影響 直後			
多量なバザード対応手順 【放射性物質吸着材による漏洩への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視	2 / 3	燃料プール水位低 警報	2	3	1	0	燃料プール水位低 警報	1	1	1	監視事項は主要バザードにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			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	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後		計器名称	計器数	SBO影響 直後			
重大事故等対策要項	操作 (2 / 3)	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	ドライウエル圧力	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
			原子炉建屋内の水素濃度	5	3	3	0	原子炉建屋水素濃度計	4	4	4	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO
							計器名称	計器数	SBO影響 直後			
重大事故等対策要項	操作 (2 / 3)	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	ドライウエル圧力	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
			原子炉建屋内の水素濃度	5	3	3	0	原子炉建屋水素濃度計	4	4	4	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能
			原子炉建屋内の水素濃度	1	1	1	0	原子炉建屋水素濃度計	1	1	1	原子炉建屋水素濃度の監視可能

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





重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO	
			計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合	計器数			計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合				
多様なハザード対応手順 (防衛的止断による海洋への放射性物質の拡散抑制)	燃料プール水位低 警報	使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	燃料プール水位低 警報	2	2	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	-	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数			計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数				
判断基準 (2 / 6)	原子炉圧力 原子炉内 の水位	原子炉水位 (SA 広域)	原子炉水位 (広域)	2	2	1	1	-	原子炉水位 (広域)	2	2	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)	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
			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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
			低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン 常設域用)	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン 常設域用)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
			代替断熱冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	-	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバール圧力容器の満水を推定可能	
			原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	-	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系統流量	3	0	0	0	-	残留熱除去系統流量	1	0	0	0		
			残留熱除去系統流量	1	0	0	0	-	低圧炉心スプレイ系統流量	2	2	2	2		
			低圧炉心スプレイ系統流量	2	2	2	2	-	原子炉圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	2	2	2	2	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2		
			サブプレッション・チェンバール圧力	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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数			計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数				
判断基準 (2 / 4)	原子炉圧力 原子炉内 の水位	原子炉水位 (SA 広域)	原子炉水位 (広域)	2	2	1	1	-	原子炉水位 (広域)	2	2	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)	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
			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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
			低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン 常設域用)	1	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン 常設域用)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と断熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
			代替断熱冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	-	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバール圧力容器の満水を推定可能	
			原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	-	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系統流量	3	0	0	0	-	残留熱除去系統流量	1	0	0	0		
			残留熱除去系統流量	1	0	0	0	-	低圧炉心スプレイ系統流量	2	2	2	2		
			低圧炉心スプレイ系統流量	2	2	2	2	-	原子炉圧力	1	1	1	1		
			原子炉圧力	2	2	2	2	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2		
			サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	-		1	1	1	1		

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



1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 区分2直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 区分2直流電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
1.12.2.2 原子炉棟屋周近における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止処置 a. 化学消防自動車速達又は大型化学消防放水車等による泡消火 多様なハザード対応手順 【初期対応における延焼防止処置】	制御室監視業務 操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	制御室監視業務 操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-
1.12.2.3 原子炉棟屋周近における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (2) 航空機燃料火災への泡消火 a. 大容積放水車（原子炉球殻放水設備）、放水強、危険源搬送車及び危険源混合装置による航空機燃料火災への泡消火 多様なハザード対応手順 【航空機燃料火災への泡消火】	制御室監視業務 操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	制御室監視業務 操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領 判断基準 (3 / 6)	原子炉圧力容器への注水量	①	高圧代替注水系系統流量	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、高圧代替注水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
			低圧代替注水系原子炉注水量（常設ライン用） 低圧代替注水系原子炉注水量（常設ライン狭帯域用） 低圧代替注水系原子炉注水量（可搬ライン用） 低圧代替注水系原子炉注水量（可搬ライン狭帯域用）	1 1 1 1	1 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広帯域） 原子炉水位（SA燃料域）	2 2 1 1	2 2 1 1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 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）	

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

項目	抽出パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータ		評価	
	計器数	SBO影響	計器数	SBO影響	計器故障等	SBO
原子炉圧力容器への注水量	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
低圧代替注水系原子炉注水量（常設ライン用）	1	1	原子炉水位（広帯域）	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
低圧代替注水系原子炉注水量（常設ライン狭帯域用）	1	1	原子炉水位（燃料域）	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
低圧代替注水系原子炉注水量（可搬ライン用）	1	1	原子炉水位（SA広帯域）	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
低圧代替注水系原子炉注水量（可搬ライン狭帯域用）	1	1	原子炉水位（SA燃料域）	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 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
重大事故等対策要領 (1/6)	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	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、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		原子炉圧力容器への注水量	1	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	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量の代替監視可能	
		原子炉圧力容器への注水量	1	1	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	1	2	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	
		原子炉隔離時冷却系統流量	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・プール水位の変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	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	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	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	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	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	評価	
								計器故障等	SBO
重大事故等対策要領 (1/6)	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	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、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		原子炉圧力容器への注水量	1	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	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量の代替監視可能	
		原子炉圧力容器への注水量	1	1	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	1	2	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	
		原子炉隔離時冷却系統流量	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・プール水位の変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	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	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	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	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	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	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	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	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	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	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	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	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ		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	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SRD	
原子力発電所等による放射性物質の拡散抑制	重大事故等 重要項	高圧炉内 の注水量	高圧炉内注水量	1	0	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、高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能	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	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能				
				原子炉水位 (燃料域)	2	2			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能				
				原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能				
				原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能				
				高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能				
				高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能				
				高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能				
				高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能				
				高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能				
高圧炉内注水量	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	高圧炉内注水量	3	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、低圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能	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	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能					
			原子炉水位 (燃料域)	2	2			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能					
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能					
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能					
			高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能					
			高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能					
			高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能					
			高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能					
			高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能					

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ		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	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SRD	
原子力発電所等による放射性物質の拡散抑制	重大事故等 重要項	燃料プールの監視	燃料プールの水位・温度	1	1	1	-	-	燃料プールの水位 (S.A.)	1	0	0	燃料プール内の燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	1			1	燃料プールの水位・温度の監視可能				
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの水位・温度の監視可能				
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの水位・温度の監視可能				
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの水位・温度の監視可能				
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの水位・温度の監視可能				
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの水位・温度の監視可能				
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの水位・温度の監視可能				
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの水位・温度の監視可能				
				燃料プールの水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの水位・温度の監視可能				

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	SDO
		計器名称	計器数	直後	計器数	直後	負荷切り履し後		
重大事故等対策要領	監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	SDO
		計器名称	計器数	直後	計器数	直後	負荷切り履し後		
重大事故等対策要領	監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉出力 (SA)	1	1	①	1	1	原子炉出力が臨界状態に達していることを検知し、原子炉出力が臨界状態に達している旨を監視する	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉出力 (SA)	1	1	①	1	1	原子炉出力が臨界状態に達していることを検知し、原子炉出力が臨界状態に達している旨を監視する	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉出力 (SA)	1	1	①	1	1	原子炉出力が臨界状態に達していることを検知し、原子炉出力が臨界状態に達している旨を監視する	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉出力 (SA)	1	1	①	1	1	原子炉出力が臨界状態に達していることを検知し、原子炉出力が臨界状態に達している旨を監視する	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉出力 (SA)	1	1	①	1	1	原子炉出力が臨界状態に達していることを検知し、原子炉出力が臨界状態に達している旨を監視する	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉出力 (SA)	1	1	①	1	1	原子炉出力が臨界状態に達していることを検知し、原子炉出力が臨界状態に達している旨を監視する	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉出力 (SA)	1	1	①	1	1	原子炉出力が臨界状態に達していることを検知し、原子炉出力が臨界状態に達している旨を監視する	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉出力 (SA)	1	1	①	1	1	原子炉出力が臨界状態に達していることを検知し、原子炉出力が臨界状態に達している旨を監視する	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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 a. 汚濁防止膜による海洋への放射性物質の拡散抑制 重要順	原子炉格納容器内の放射線の量率 判断基準 (1/6)	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
		格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内の放射線の量率	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内の放射線の量率	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	4	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内の放射線の量率	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A) から、原子炉圧力容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

① 重要監視パラメータ，② 有効監視パラメータ，③ 補助パラメータ

項目	抽出パラメータ	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	抽出パラメータ	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価
原子炉格納容器内の放射線の量率	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
原子炉圧力容器内の放射線の量率	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	2	原子炉圧力	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	4	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
原子炉圧力容器内の放射線の量率	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	2	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	2	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A) から、原子炉圧力容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	4	4	4	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A)	2	2	2	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/A) から、原子炉圧力容器内の放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	パラメータ	補助パラメータ	計器数			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (S.A. 燃料域)	原子炉水位 (S.A. 燃料域)	原子炉水位 (S.A. 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 (S.A. 燃料域)	原子炉水位 (S.A. 燃料域)	原子炉水位 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	パラメータ	補助パラメータ	計器数			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (S.A. 燃料域)	原子炉水位 (S.A. 燃料域)	原子炉水位 (S.A. 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 (S.A. 燃料域)	原子炉水位 (S.A. 燃料域)	原子炉水位 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	
			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 (S.A. 燃料域)	1	1	1	1	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	監視パラメータ			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計測設備等	備考
		計器名称	計器数	直後	分組	分組	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後		
重大事故等対処要項	原子炉圧力容器内原子炉水位	原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	直後に原子炉圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	監視パラメータ			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計測設備等	備考
		計器名称	計器数	直後	分組	分組	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後		
重大事故等対処要項	原子炉圧力容器内原子炉水位	原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	直後に原子炉圧力容器内の水位を計測することでき、監視可能
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
		原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
原子炉圧力容器内原子炉水位	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内原子炉水位	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と加熱熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉注水量の代替監視可能	
判断基準(4/6)	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	
	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	サブレーション・プール水位	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量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	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量の代替監視可能	
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉水位(SA広帯域)	1	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量の代替監視可能	
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	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量の代替監視可能	
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	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	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代償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					
対応手段 重大事故等 対策項	原子炉圧 力調整	原子炉圧調整 系統	抽出パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器名称	計器名称	SBO状態	計器故障等	SBO	
			原子炉圧調整系統	抽出パラメータ			補助パラメータ	計器名称				計器名称
			抽出パラメータ	補助パラメータ			計器名称	計器名称				
			抽出パラメータ	補助パラメータ			計器名称	計器名称				
	原子炉圧 調整	原子炉圧調整 系統	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	原子炉圧調整系統	原子炉圧調整系統	原子炉圧調整系統	原子炉圧調整系統	原子炉圧調整系統	原子炉圧調整系統
							抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ
	原子炉圧 調整	原子炉圧調整 系統	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ
							抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ
	原子炉圧 調整	原子炉圧調整 系統	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ
							抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ
原子炉圧 調整	原子炉圧調整 系統	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	
						抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	
原子炉圧 調整	原子炉圧調整 系統	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	
						抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	補助パラメータ	

①：重要監視パラメータ、②：有監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対応要項	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①②	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料本体等の著しい損傷時の手順等											
(2) 海洋への放射性物質の拡散抑制											
b. 放射性物質吸着材による海洋への放射性物質の拡散抑制											
重大事故等対策要領											
原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	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
判断基準 (1) (2)	原子炉圧力容器内の温度	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
		原子炉圧力				原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	原子炉圧力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				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	原子炉圧力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				原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	原子炉圧力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				原子炉圧力 (S/A 燃料域)	1	1	1	1	原子炉圧力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より代替監視可能
		残留熱除去系熱交換器入口温度	4	4	4	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響				
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	1	1	原子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	
							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 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン使 用)	1	1	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	1	1	
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン使 用)	1	1	1	1	
							代替補給ろ過系原子炉注 水流量	2	2	2	2	
							原子炉隔離時冷却系統 流量	1	1	1	1	
							高圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	0	0	
							残留熱除去系統流量	3	0	0	0	
							低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	0	0	
							原子炉圧力	2	2	2	2	
							原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	
							サブレンジョン・チェン パ圧力	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	計器名称		
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力監視器の 水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧 力監視器の 注水量	原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
測定装置 (3~)	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能
	原子炉圧力監視器の注水量	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	高圧代償注水系統の注水量を計測することにより、監視可能

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	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	計器故障等	SBO
対峙手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(常設ライン用)	1	1	①	-	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		西側淡水貯槽水位	1	1		
判断 基準 (4/1)		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(SA燃料 域)	1	1		
		原子炉圧 力容器へ の注水量	2	2	①	-	サブレーション・プール 水位	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
		代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	①		原子炉水位(広帯域)	2	2	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 注水量の代替監視可能	
			2	2			代替循環冷却系ポンプ吐 出圧力	2	2	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	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要項	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	サブレーション・プールの水位変化より、原子炉隔離時冷却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	
			①	0	原子炉水位 (燃料域)	2	2	副凝結除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能		
判断基準(5/7)	原子炉圧力容器への注水量	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	原子炉水位 (広帯域)	2	2	副凝結除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイ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	
			①	0	原子炉水位 (燃料域)	2	2	副凝結除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイ系統流量の代替監視可能		
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	高圧炉心スプレイ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		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価										
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	評価								
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量	3	0	①	-	サブレーション・プール 水位	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								
							原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	1	1	抽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				
判断基準 (6/7)		低圧炉心スプレイ系系統 流量	1	0	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作して 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・プール 水位	1	1	1	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、低圧炉心スプレイ系系統流量 の代替監視可能				
							原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	1	1	抽熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能					
							原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	1	1	1	1	抽熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能
							低圧炉心スプレイ系ポン プ吐出圧力	1	0	0	1	0	0	0	0	0	低圧炉心スプレイ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	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	SMD影響		計器数	計器名称	計器数	SMD影響		計器故障等	SFO		
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
対応手段 重大事故等対応 重要順	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (S A広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (S A広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール温度 (S A)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (S A広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度 (S A広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール温度 (S A)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
計器	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ						評価		
			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
			計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後			SBO影響 負荷切り離し後
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止措置 a. 化学消防自動車、水槽付消防ポンプ自動車及び泡消火薬剤容器(消防車用)による延焼防止処置 防火管理要領 判断基準 重大事故等対策要領 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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機燃料火災への対応 (2) 航空機燃料火災への対応 a. 可搬型代替注水大型ポンプ (放水用) , 放水砲, 泡消火薬剤容器 (大型ポンプ用) 及び泡混合器による航空機燃料火災への泡消火 重大事故等対策要領	判 断 基 礎 種 類	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	評価		
			計器数	直後	負荷切り履し後	直後				負荷切り履し後					
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (4) 別水循環を水源とした対応手順 a. 別水循環を水源とした可逆型冷却水ポンプ(水 機又はポンプ)による取水(取水機/ポンプ) 多様なバンプ対応手順 「初期注水による送水」 「原子炉注水」 「燃料容器スプレッド」 「初期注水による送水」 「原子炉クォータ注水」 「初期注水による送水」 「原子炉クォータ注水」 「SPR常設スプレッド」 「SPR可逆型スプレッド」	水源の種別 【海水貯留槽水位】 【海水貯留槽水位(SA)】 【原子炉水位】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】	機	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バンプにて確認		
			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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	評価		
			計器数	直後	負荷切り履し後	直後				負荷切り履し後					
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (4) 海水貯留タンクを水源とした対応手順 a. 海水貯留タンクを水源とした可逆型冷却水ポンプ(水 機又はポンプ)による取水(取水機/ポンプ) 多様なバンプ対応手順 「初期注水による送水」 「原子炉注水」 「燃料容器スプレッド」 「初期注水による送水」 「原子炉クォータ注水」 「初期注水による送水」 「原子炉クォータ注水」 「SPR常設スプレッド」 「SPR可逆型スプレッド」	水源の種別 【海水貯留槽水位】 【海水貯留槽水位(SA)】 【原子炉水位】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】	機	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バンプにて確認		
			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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	評価		
			計器数	直後	負荷切り履し後	直後				負荷切り履し後					
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (2) 海水貯留タンクを水源とした対応手順 a. 海水貯留タンクを水源とした可逆型冷却水ポンプ(水 機又はポンプ)による取水(取水機/ポンプ) 多様なバンプ対応手順 「初期注水による送水」 「原子炉注水」 「燃料容器スプレッド」 「初期注水による送水」 「原子炉クォータ注水」 「初期注水による送水」 「原子炉クォータ注水」 「SPR常設スプレッド」 「SPR可逆型スプレッド」	水源の種別 【海水貯留槽水位】 【海水貯留槽水位(SA)】 【原子炉水位】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】 【原子炉水位(SA)】	機	1	1	0	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バンプにて確認		
			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	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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



**重大事故等対処に係る監視事項**  
重大事故等対処に係る監視手順等

1. 13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	計器数	評価	SBO
		直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
1. 13. 2. 2 水廊へ水を供給するための対処手順 (1) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順 (2) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順 (3) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順 (4) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順	事故時運転操作手順書 (復水貯留槽) AM設備別操作手順書 「事故時」によるOSPへ の供給(淡水/海水)	1	1	①	原子炉冷却水貯留槽水位(SA)	1	1	1	1	復水貯留槽を水廊とする系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯留槽水位の代償流量可 能	
		1	1	①	原子炉冷却水貯留槽水位(SA)	1	1	1	1	復水貯留槽を水廊とする系統のうち、運転している系統の注水量より復水貯留槽水位の代償流量可 能	
1. 13. 2. 3 水廊へ水を供給するための対処手順 (1) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順 (2) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順 (3) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順	多量なヘザー・ト対応手 順 「事故時」によるOSPへ の供給(淡水/海水)	1	1	①	原子炉冷却水貯留槽水位(SA)	1	1	1	1	注水量の増減による注水量の増減により、復水貯留槽水位 の代償流量可 能	
		1	1	①	原子炉冷却水貯留槽水位(SA)	1	1	1	1	注水量の増減による注水量の増減により、復水貯留槽水位 の代償流量可 能	
1. 13. 2. 4 水廊へ水を供給するための対処手順 (1) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順 (2) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順 (3) 復水貯留槽へ水を供給するための対処手順	AM設備別操作手順書 重大事故等対 処手順	1	1	①	原子炉冷却水貯留槽水位(SA)	1	1	1	1	注水量の増減による注水量の増減により、復水貯留槽水位 の代償流量可 能	
		1	1	①	原子炉冷却水貯留槽水位(SA)	1	1	1	1	注水量の増減による注水量の増減により、復水貯留槽水位 の代償流量可 能	

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

1. 13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	計器数	評価	SBO
		直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
非常時運転手 順書 II (最終 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	3	0	③	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	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	-
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処手順	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	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	-
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処手順	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	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	-
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処手順	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	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	-
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処手順	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	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	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

1. 13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	計器数	評価	SBO
		直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
非常時運転手 順書 II (最終 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	3	0	③	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	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	-
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処手順	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	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	-
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処手順	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	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	-
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処手順	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	①	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	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	-
		2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	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	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直高電圧 区分2高電圧を 発生した場合	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後				計器名称	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(微候 「水確保」) 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	水源の確保 水源の確保 水源の確保	【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	0	0	1	1	1	1	海水貯蔵槽水位より、海水貯蔵槽水位の代替監視可 能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	
	電源	【海水タンク水位】	1	1	1	1	1	1	1	1	海水貯蔵槽水位より、海水貯蔵槽水位の代替監視可 能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	電源	【海水タンク水位】	1	1	1	1	1	1	1	1	
	機械監視	【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	1	1	1	1	1	1	海水貯蔵槽水位より、海水貯蔵槽水位の代替監視可 能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	機械監視	【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	1	1	1	1	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直高電圧 区分2高電圧を 発生した場合	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後				計器名称	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(微候 「水確保」) 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧力 容器内の 水位	【原子炉圧力(SA)燃料 槽水位】	1	1	0	0	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	
		【原子炉圧力(SA)燃料 槽水位】	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		【原子炉圧力(SA)燃料 槽水位】	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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直高電圧 区分2高電圧を 発生した場合	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後				計器名称	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(微候 「水確保」) 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧力 容器内の 水位	【原子炉圧力(SA)燃料 槽水位】	1	1	0	0	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	
		【原子炉圧力(SA)燃料 槽水位】	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		【原子炉圧力(SA)燃料 槽水位】	1	1	1	1	1	1	1	1	

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









重大事故等対応に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	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				分	計器名称	計器故障等		
1. 13. 2. 3 水源を切り替えるための対応手順 ① 海水から海水への切替え a. 防火水塔を水塔とした可搬型代替注水ポンプ(0-1 線又は0-2 線)による送水の場合 b. 消防水塔を水塔とした可搬型代替注水ポンプ(0-1 線又は0-2 線)による送水の場合 ② 海水から海水への切替え a. 消防水塔を水塔とした可搬型代替注水ポンプ(0-1 線又は0-2 線)による送水の場合 b. 消防水塔を水塔とした可搬型代替注水ポンプ(0-1 線又は0-2 線)による送水の場合	③	防火水塔	3	0	③	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	-	-	-	
		防火水塔	3	0	③	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1
		防火水塔	3	0	③	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1
1. 13. 2. 3 水源を切り替えるための対応手順 ① 海水から海水への切替え a. 消防水塔を水塔とした可搬型代替注水ポンプ(0-1 線又は0-2 線)による送水の場合 b. 消防水塔を水塔とした可搬型代替注水ポンプ(0-1 線又は0-2 線)による送水の場合	③	防火水塔	3	0	③	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	1	1	1	
		防火水塔	3	0	③	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	
		防火水塔	3	0	③	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	

第 1 表 重大事故等対応に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	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				分	計器名称	計器故障等	
非常時運転手 順書 II (微候 「水位確保」 等) 非常時運転手 順書 II (停止 時微候「ベ ース」) 「停止時原子 力容器内 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	③	原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	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 重大事故等対応に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	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				分	計器名称	計器故障等	
1. 13. 2. 3 水源を切り替えるための対応手順 ① 海水から海水への切替え a. 消防水塔を水塔とした可搬型代替注水ポンプ(0-1 線又は0-2 線)による送水の場合 b. 消防水塔を水塔とした可搬型代替注水ポンプ(0-1 線又は0-2 線)による送水の場合	③	原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③	原子炉水位 (狭帯域)	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1
①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ											

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時 候 候 ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	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		
		低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	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 (可搬ライン用)	1	1		
原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	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 ン圧力から原子炉圧力容器の満水を 推定可能			
サブプレッション・チェンバ ン圧力 (S.A.)	1	1	サブプレッション・チェンバ ン圧力 (S.A.)	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数	直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後			
非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時 候 候 ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	①	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		
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	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 (可搬ライン用)	1	1		
原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	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 ン圧力から原子炉圧力容器の満水を 推定可能				
サブプレッション・チェンバ ン圧力 (S.A.)	1	1	サブプレッション・チェンバ ン圧力 (S.A.)	1	1					

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類理由				監視事項は主要パラメータにて確認			
		計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ	分類	計器数	SBO影響				
				直後	負荷切り離した後				直後		負荷切り離した後		
非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等) 非常時運転手順書 II (停止時原子炉水位制御)等 AM階個別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		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	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (圧差検)	2	2	2			2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
		原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①		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	
		サブプレッション・プール水位	1	1	1			1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
		原子炉圧力容器へ系統流量	1	0	0	①		1	1	1	炉稼熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイ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	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0			1	0	0	高圧炉心スプレイ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		
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0			1	0	0	高圧炉心スプレイ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		
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③		2	0	0	代替復水貯蔵タンク水位を確認するパラメータ		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類	計器数	SBO影響		抽出パラメータの種類理由	監視事項は主要パラメータにて確認	
			計器数	直後				SBO影響				
								直後	負荷切り離した後			
非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等)	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1		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 (圧差検)	2	2	2			2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	①		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	
	サブプレッション・プール水位	1	1	1			1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	原子炉圧力容器へ系統流量	1	0	0	①		1	1	1	炉稼熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイ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	
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0			1	0	0	高圧炉心スプレイ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		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0			1	0	0	高圧炉心スプレイ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		
	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③		2	0	0	代替復水貯蔵タンク水位を確認するパラメータ		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対処手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	
		分類	計器名称	抽出パラメータ		計器名称	補助パラメータ		計器故障等	SBO	
				計器数	パラメータ 分類		計器数	パラメータ 分類			
1.13.2.1 水源を利用した対処手順 (5) 高圧冷却水貯水設備を水源とした対処手順 (a) 高圧冷却水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプによる送水 (淡水/海水)	判断業務 (1/2)	水源の確保	代替注水貯水水位	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	代替注水貯水水位を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯水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	
重大事故等対策要項											
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設/非用)	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン装置)	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン装置)	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン装置)						
		低圧代替注水系統補容器	低圧代替注水系統補容器スプレイ流量 (常設ライン用)	低圧代替注水系統補容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統補容器			1 2 2	1 2 2		原子炉水位、サブプレッション・プー ル水位の変化により、代替注水貯水 水位の代替監視可能
		下部注水流量	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (狭帯域)	原子炉水位 (S A広帯域)			1 1	1 1		代替注水貯水水位を水源とするポンプ の吐出圧力より、代替注水貯水水位 が確保されていることを監視可能
		常設低圧代替注水系統ポン プ吐出圧力	常設低圧代替注水系統ポン プ吐出圧力	常設低圧代替注水系統ポン プ吐出圧力	常設低圧代替注水系統ポン プ吐出圧力			1 1 1 1 1 1	2 2 0	2 2 0	

①:重要監視パラメータ、②:有効監視パラメータ、③:補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対処手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	
		分類	計器名称	抽出パラメータ		計器名称	補助パラメータ		計器故障等	SBO	
				計器数	パラメータ 分類		計器数	パラメータ 分類			
1.13.2.1 水源を利用した対処手順 (5) 高圧冷却水貯水設備を水源とした対処手順 (a) 高圧冷却水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプによる送水 (淡水/海水)	判断業務 (1/2)	水源の確保	代替注水貯水水位	1	1	①	-	1 2 2	1 2 2	1 1 1 1 1 1 1 1	代替注水貯水水位を水源とする系統のうち、運転 している系統の注水量より、代替注水貯水水位の代替監視 可能  監視事項は主要パラ メータにて確認
		高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備						
		高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備						
		高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備						
		高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備						
		高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備						
		高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備						
		高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備	高圧冷却水貯水設備						

①:重要監視パラメータ、②:有効監視パラメータ、③:補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	
重大事故等対策要領	水源の確保 2/2	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	1	1	原子が水化、サブレーション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				直後	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後	
判断基準	水源の確保	低圧代替注水設備水位	1	1	1	1	1	低圧代替注水設備を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より低圧代替注水設備水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作	水源の確保	低圧代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	低圧代替注水ポンプ吐出圧力の変化より、低圧代替注水設備水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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







第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器名称	計器数	計器故障等	評価	
		計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	分類理由					
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (8) 海を水源とした対応手順 a. 海を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水	重大事故等対策要領	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン表帯用) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン表帯用) 低圧代替注水系蒸発器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系蒸発器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系蒸発器下部注水量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(終帯域) 原子炉水位(SA終帯域) サプレション・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1	計器故障等	SDI 影響 直後 負荷切り離し後
別添事項(1/2)	水源の確保	1	1	①	-				代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	計器故障等	評価	
					計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後				パラメータ 分類
原子炉内注水装置(注水) 手動による注水(注水) 注水/補給	監視	水源の確保	給排水槽(西1)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ			-
			給排水槽(西2)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ			-
			給排水槽(東1)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ			-
			給排水槽(東2)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ			-
操作	水源の確保	給排水槽(西1)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ				-
		給排水槽(西2)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ				-
		給排水槽(東1)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ				-
		給排水槽(東2)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ				-
監視	水源の確保	給排水槽(西1)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ				-
		給排水槽(西2)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ				-
		給排水槽(東1)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ				-
		給排水槽(東2)	1	1	②	代替注水貯槽の水位監視を監視するパラメータ				-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	判断基準 (2 / 2) 水源の確保		西側淡水貯水設備水位	1	1	①		低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン表筒城用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブレンジオン・ブール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認	
			海を利用	-	-	-	-			-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
													計器故障等	SBO
													計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	水源の確保		低圧代替注水量	1	0	0		低圧代替注水量の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-		
			燃料冷却水(西1)					「緊急時貯水水位」に監視	燃料冷却水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-	
			燃料冷却水(西2)					「緊急時貯水水位」に監視	燃料冷却水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-	
			炉内循環水					1号炉循環水水位	「緊急時貯水水位」に監視	炉内循環水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-
			炉内循環水					2号炉循環水水位	「緊急時貯水水位」に監視	炉内循環水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-
			炉内循環水					1号炉過熱器水位	「緊急時貯水水位」に監視	炉内循環水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-
			炉内循環水					2号炉過熱器水位	「緊急時貯水水位」に監視	炉内循環水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-
			炉内循環水					燃料冷却水(西1)	「緊急時貯水水位」に監視	燃料冷却水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-
			炉内循環水					燃料冷却水(西2)	「緊急時貯水水位」に監視	燃料冷却水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-
			炉内循環水					炉内循環水(西1)	「緊急時貯水水位」に監視	炉内循環水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-
			炉内循環水					炉内循環水(西2)	「緊急時貯水水位」に監視	炉内循環水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-
			炉内循環水					炉内循環水	「緊急時貯水水位」に監視	炉内循環水の監視計器を確保するパラメータ	1	1	1	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ						評価
		抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			
		計器数	計器名称	分類	計器数	計器名称	分類	
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 a. 代替淡水貯槽へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替淡水貯槽への補給 (淡水/海水) (a) 西側淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプにより代替淡水貯槽への補給	水源の確保 (1 / 2)	1	西側淡水貯水設備水位	①	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
重大事故等対策要領		1	1	①	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプにより代替淡水貯槽への補給 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

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ						評価
		抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			
		計器数	計器名称	分類	計器数	計器名称	分類	
原子力発電所緊急時対応要領 1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 a. 代替淡水貯槽へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替淡水貯槽への補給 (淡水/海水) (a) 西側淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプにより代替淡水貯槽への補給	水源の確保 (1 / 2)	1	西側淡水貯水設備水位	①	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
重大事故等対策要領		1	1	①	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプにより代替淡水貯槽への補給 監視事項は抽出パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	分類	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	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
対応手段 重大事故等対 策要領	水源の確 保 (2 / 2)	代噴淡水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代噴注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	代噴淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水 量より、代噴淡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	1	①		低圧代噴注水系原子炉注 水流量 (可稼ライン用)	1	1		
			1	1			低圧代噴注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1		
			1	1			下部注水流量	1	1		
			2	2			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			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
			1	1			サブレーション・プー ル水位	1	1		
			2	2			常設低圧代噴注水系ポン プ吐出圧力	2	2	代噴淡水貯槽を水源とするポンプ の吐出圧力より、代噴淡水貯槽水位 が確保されていることを監視可能	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
					直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後	
重大事故等 対策要領	水源の確保 (2 / 2)	代噴淡水貯槽水位	1	1	0	0	-	低圧代噴注水系格納容 器スプレイ流量 (常設 ライン用)	1	1	代噴淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水 量より、代噴淡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	1	①	低圧代噴注水系原子炉注 水流量 (可稼ライン用)		1	1	原子炉水位、サブレーション・プー ル水位の変化により、代噴淡水貯槽水 位の代替監視可能		
			2	2	2	2		下部注水流量	2	2		
			2	2	2	2		原子炉水位 (広帯域)	2	2		
			1	1	1	1		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1		
			1	1	1	1		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
			1	1	1	1		サブレーション・プー ル水位	1	1		
			2	2	2	2		常設低圧代噴注水系ポン プ吐出圧力	2	2	代噴淡水貯槽を水源とするポンプ の吐出圧力より、代噴淡水貯槽水位 が確保されていることを監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SDO影響		計器名称	計器数	SDO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		
重大事故等対策要領	水源の確保 (1 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	低圧代替注水系原子炉注	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
							水流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器	1	1		
							スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器	1	1		
							下注注水量	1	1		
							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 (S.A.広帯域)	1	1		
							原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		
							サブレーション・プール水位	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 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	直後			計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後
1.13.1 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	0	0	③	①	1	0	①		
												燃料ベーン	1
1.13.2 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	2	2	2	①	②	2	2	②		
												燃料ベーン	2
1.13.3 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	1	1	①	③	2	2	②		
												燃料ベーン	1
1.13.4 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	2	2	2	②	③	2	2	②		
												燃料ベーン	2
1.13.5 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	1	1	①	③	2	2	②		
												燃料ベーン	1
1.13.6 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	2	2	2	②	③	2	2	②		
												燃料ベーン	2
1.13.7 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	1	1	①	③	2	2	②		
												燃料ベーン	1
1.13.8 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	2	2	2	②	③	2	2	②		
												燃料ベーン	2
1.13.9 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	1	1	①	③	2	2	②		
												燃料ベーン	1
1.13.10 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	2	2	2	②	③	2	2	②		
												燃料ベーン	2
1.13.11 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	1	1	①	③	2	2	②		
												燃料ベーン	1

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要となる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	評価
		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保 ② / ②	1	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可動ライン装置用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可動ライン装置用) 低圧代替注水系統浄水器 スプレッド流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統浄水器 スプレッド流量 (可動ライン用)	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要となる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	評価
				分	直後	SBO影響 負荷切り離し後	分	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保 ② / ②	「緊急時貯水本連」に確認 「緊急時貯水本連」に確認	1	1	1	①	-	代替注水流量 (常設) 原子炉水位 (圧力罐) 原子炉水位 (標準線) 原子炉水位 (SA) サプレッション・プール水位 (SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	「緊急時貯水本連」に確認 「緊急時貯水本連」に確認 代替注水貯槽 (西1) 代替注水貯槽 (西2) 低圧原子炉代替注水本連水位 備を利用	代替注水貯槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水本連より代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力により、低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力により、低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力により、代替注水貯槽水位の代替監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	抽出ハラムメータを計測する計器		抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器		評価	
		計器名称	ハラムメータ 分類	計器名称	ハラムメータ 分類	計器故障等	SBO
1.13.2.3 水源へ水と供給するための対応手順 a. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 b. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 c. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 d. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順	重大事故等 断水 断水	多目的タンク水位	③	代替注水ポンプ水位	③	-	-
		原水タンク水位	③	代替注水ポンプ水位	③	-	-
		副水タンク水位	③	代替注水ポンプ水位	③	-	-
1.13.2.3 水源へ水と供給するための対応手順 a. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 b. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 c. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 d. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順	断水 断水	代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1
		代替注水ポンプ水位	①	代替注水ポンプ水位	①	1	1

①：重要監視ハラムメータ、②：有効監視ハラムメータ、③：補助ハラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	抽出ハラムメータを計測する計器		抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器		評価	
		計器名称	ハラムメータ 分類	計器名称	ハラムメータ 分類	計器故障等	SBO
1.13.2.3 水源へ水と供給するための対応手順 a. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 b. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 c. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 d. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順	断水 断水	「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
1.13.2.3 水源へ水と供給するための対応手順 a. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 b. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順 c. 代替注水ポンプへ水と供給するための対応手順	断水 断水	「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-
		「緊急時対象本別」に確認	③	「緊急時対象本別」に確認	③	-	-

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後		
重大事故等対 策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	-	-	-	-	計器故障等	SBO
		通水貯蔵タンク水位	1	0	③		-	-	-		
		原水タンク水位	1	0	③		-	-	-		
		純水貯蔵タンク水位	1	0	③		-	-	-		
操作	水源の確保	臨圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	-	-	-	-	臨圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン装置)	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統の うち、運転している系統の注水量より、 代替注水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン装置)	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系格納容器 上部注水量	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		原子炉水位(広帯域)	2	2		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		原子炉水位(燃料域)	2	2		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		原子炉水位(SA広帯域)	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-		サブプレッショングル 水位	1	1		
臨圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	-	-	-	常設低圧代替注水系ポン プ出力圧力	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】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価	
		計器名称	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数		計器故障等
対応手段								計器故障等	
1.13.2 本所へ水を供給するための対応手順 (1) 代替貯槽へ水を供給するための対応手順 a 可搬型代替注水中ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替貯槽への補給 a (1) 水を本所とした可搬型代替注水中ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替貯槽への補給									
重大事故等対 処 手 順	水源の確保	1	①	-	1	1	1	1	監視事項は抽出バラムメータにて確認
									代替貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替貯槽水位の代替監視可能
									監視事項は抽出バラムメータにて確認
									原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替貯槽水位の代替監視可能
									代替貯槽水位を水源とするポンプの吐出圧力より、代替貯槽水位が確保されていることを監視可能

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後		
対応手段 重大事故等対 策要領	機器の種 別	機器名称	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		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 (常設ライン兼 機用)	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 (可搬ライン兼 機用)	1	1			1		
		低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1			1		
		低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	1	1			1		
		低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1	1			1		
		原子炉水位 (広帯域)	2	2			2		
		原子炉水位 (S A広帯域)	2	2			2		
		原子炉水位 (S A燃料域)	1	1			1		
		サブプレッジョン・ブール 水位	1	1			1		
		常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	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

代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能  
監視事項は抽出パラメータにて確認  
原子炉水位、サブプレッジョン・ブール水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能  
代替注水貯槽と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

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	SBO影響 直後   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	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後		計器故障等
1.13.2.2 水源へ水を補給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) a. 可搬型代替注水大型ポンプとした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (a) 代替淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	重大事故等対 応要綱	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	代替淡水貯水設備を水源としている系統の うち、運転している系統の注水量より、 代替淡水貯水設備の代替監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1		
制 基 礎 ( 1 , 2 )	水源の確 保	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	代替淡水貯水設備を水源としている系統の うち、運転している系統の注水量より、 代替淡水貯水設備の代替監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注 水量 (常設ライン用)	1		
						低圧代替注水系統貯水容 器スプレッド量 (常設ライ ン用)	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						低圧代替注水系統貯水容 器スプレッド量 (可搬ライ ン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯水容 器下部注水量	1	1	代替淡水貯水設備を水源とするポンプの吐 出力より、代替淡水貯水設備が確保 されていることを監視可能
						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、サブプレッショ ン・プールの 水位の変化より、代替淡水貯水設備の 代替監視可能
						原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	
						原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	代替淡水貯水設備を水源とするポンプの吐 出力より、代替淡水貯水設備が確保 されていることを監視可能
						サブプレッショ ン・プールの 水位	1	1	
						常設低圧代替注水系統ポン プ吐出圧力	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】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 重大事故等対 策要領	水源の確保 (2 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン狭帯 域用)	1	1	1		
							低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1	1	1		
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
							原子炉水位 (S.A広帯域)	1	1	1		
							原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1	1		
							サブレーション・プー ル水位	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要項	水源の確保 ① / ②	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン設備用)	1	1	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	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン設備用)	1	1	1	1	1		
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1		
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1		
		低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1	1		
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2		
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1		
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1		
		サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1	1		
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
重大事故等対策要領	水源の確保 ① / ②							低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1		代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認
						①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1	1		
								低圧代替注水系統納容器下部注水流量	1	1	1		
								原子炉本位(広帯域)	2	2	2		
								原子炉本位(燃料域)	2	2	2		
								原子炉本位(SA広帯域)	1	1	1		
								原子炉本位(SA燃料域)	1	1	1		
								サブプレッション・プール水位	1	1	1		
								兼設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価									
			計器名称	計器数	SBO 影響		計器名称	計器数	SBO 影響											
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後										
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) b. 淡水タンクを水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	重大事故等対策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	監視事項は抽出パラメータにて確認								
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③		西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能							
			原水タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③			西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能						
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③				監視事項は抽出パラメータにて確認					
			西側淡水貯水設備水位	①	1	1	①	①	①	①	①					①	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能			
				②	1	1	②	②	②	②	②					②		監視事項は抽出パラメータにて確認		
				③	1	1	③	③	③	③	③					③			監視事項は抽出パラメータにて確認	
				④	1	1	④	④	④	④	④					④				監視事項は抽出パラメータにて確認
				⑤	1	1	⑤	⑤	⑤	⑤	⑤					⑤				
			⑥	1	1	⑥	⑥	⑥	⑥	⑥	⑥					監視事項は抽出パラメータにて確認				
⑦	1	1	⑦	⑦	⑦	⑦	⑦	⑦	監視事項は抽出パラメータにて確認											
⑧	1	1	⑧	⑧	⑧	⑧	⑧	⑧		監視事項は抽出パラメータにて確認										
⑨	1	1	⑨	⑨	⑨	⑨	⑨	⑨			監視事項は抽出パラメータにて確認									
⑩	1	1	⑩	⑩	⑩	⑩	⑩	⑩				監視事項は抽出パラメータにて確認								

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領		多目的タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		原水タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		純水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
操作	水源の確保	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 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イ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		西側淡水貯水設備水位	1	1	1	①	—	—	—	—	原子炉水位、サブプレッション・プールの水位の変化より、西側淡水貯水設備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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータ			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	直接	SBO影響 [食器切り離し後]	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	直接	SBO影響 [食器切り離し後]	
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水人型ポンプによる西側淡水貯水設備への供給 (c) 水を水源とした可搬型代替注水人型ポンプによる西側淡水貯水設備への供給 重大事故等対 置手順	水源の確 保	1	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	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替 監視可能
							低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 適用)	1	1	1	
水源の確 保	1	1	1	①	-	-	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 適用)	2	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設備水 位の代替監視可能
							低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 適用)	1	1	1	
水源の確 保	1	1	1	①	-	-	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 適用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替 監視可能
							低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 適用)	1	1	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

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	S/D 影響 直後	負荷切り離し後	計器数	S/D 影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	S/D
		計器名称	計器数	補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類									
1.1.3.2.3 水源を切り替えるための対応手順 a. 原子炉隔離時冷卻系及び高圧炉心スプレイ系の水源の切替え (1) 原子炉隔離時冷卻系による原子炉圧力容器への注水時の水源の切替え AM設備別操作手順書	水源の確保	凝水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	0	0	0	0	0	0	0	0
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	凝水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	0	0	0	0	0	0	0	0

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要となる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後	SBO影響	パラメータ	補助パラメータ	計器名称			
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1) 原子炉冷却系及び高圧炉心スプレィ系の水漏の切替 AM1設備切替 作手順書	水源の確保	低圧代替注水系統原子炉注水配管(常設ライン用)は本装置(高設ライン使用) 低圧代替注水系統原子炉注水配管(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレィ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレィ流量(常設ライン用) 高設排水貯水設備水位	2	0	0	③	①	低圧代替注水系統原子炉注水配管(常設ライン用)は本装置(高設ライン使用) 低圧代替注水系統原子炉注水配管(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレィ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレィ流量(常設ライン用) 高設排水貯水設備水位	計器故障等	---	---
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	---	低圧代替注水系統格納容器スプレィ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレィ流量(常設ライン用) 高設排水貯水設備水位	計器名称	---	---
		高設排水貯水設備水位	1	1	1	---	---	高設排水貯水設備水位	計器数	---	---
水源の確保	水源の確保	サブプレッション・プール水位	3	3	3	①	---	低圧代替注水系統格納容器スプレィ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレィ流量(常設ライン用) 高設排水貯水設備水位	計器名称	---	---
		高設排水貯水設備水位	2	0	0	③	---	高設排水貯水設備水位	計器数	---	---

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 淡水から海水への切替え a. 代替淡水貯槽へ供給する水源の切替え 重大事故等対策要項								
判断基準 (1) / (2) 水源の確保	水源の確保	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	監視事項は抽出パラメータにて確認  代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能  原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能  代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
		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 (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 (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	
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	
		原子炉水位 (圧密域)	2	2	原子炉水位 (圧密域)	2	2	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA圧密域)	1	1	原子炉水位 (SA圧密域)	1	1	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	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	1	1	
		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	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	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	計器故障等	SBO
対応手段 重大事故等対 策要領	判断基準 (2/2)	西側淡水貯水設備水位 水源の確保	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン狭帯 域用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1		
							下部注水量	1	1		
							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 (SA広帯域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							サブレーション・プール 水位	1	1		
		多目的タンク水位	1	0	③	代替淡水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③		-	-	-	-	-
		原水タンク水位	1	0	③		-	-	-	-	-
		純水貯蔵タンク水位	1	0	③		-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータ		監視パラメータ		抽出パラメータ		監視パラメータ		評価			
		計器名称	計器数	パラメータ	計器名称	計器数	パラメータ	計器名称					
重大事故等対策要領	水源の確保	海水利用	1	①	-	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等	計器故障等 代換淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代換淡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			
							SR0 影響	SR0 影響	SR0 影響				
							直後	直後	直後				
							負荷切り離し後	負荷切り離し後	負荷切り離し後				
							計器名称	計器数	計器名称		計器数	計器名称	計器数
							抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
							分類	分類	分類		分類	分類	分類
							低圧代換注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1			低圧代換注水系原子炉注水流量 (常設ライン装置用)	1	
							低圧代換注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1			低圧代換注水系原子炉注水流量 (可搬ライン装置用)	1	
							低圧代換注水系格納容器スプレッド流量 (常設ライン用)	1			低圧代換注水系格納容器スプレッド流量 (可搬ライン用)	1	
							低圧代換注水系格納容器スプレッド流量 (可搬ライン用)	1			低圧代換注水系格納容器スプレッド流量 (可搬ライン用)	1	
							下部注水量	1			下部注水量	1	
							原子炉水位 (広帯域)	2			原子炉水位 (広帯域)	2	
							原子炉水位 (標準域)	2			原子炉水位 (標準域)	2	
							原子炉水位 (S.A.広帯域)	1			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	
原子炉水位 (S.A.標準域)	1		原子炉水位 (S.A.標準域)	1									
サブレーション・プール水位	1		サブレーション・プール水位	1									
常設低圧代換注水系ポンプ吐出圧力	2		常設低圧代換注水系ポンプ吐出圧力	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】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ												
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
			計器名称	計器数	直後	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	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
1.13.2.3 水源へ水を供給するための切替え (2) 淡水から海水への切替え b. 西側淡水貯水設備への供給する水源の切替え 重大事故等対策要領	別冊標準 (1) / (2) 水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン狭帯減用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量 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) サブプレッジョン・プールの水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	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	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価						
		計器名称	計器数	直後	負荷印り直し後	パラメータ	分類	計器名称	計器数	直後	負荷印り直し後	計器故障等	SBO	
対応手段 重大事故等対 策要領	項目 監視 基準 (2/2)	代替淡水貯槽水位 水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能		
			スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1		低圧代替注本系燃料容器	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			下送注水流量	1	1	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2			
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1			
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1		サプレッション・プール水位	1	1	1			
			常設低圧代替注本系ポンプ吐出圧力	2	2	2		代替淡水貯槽を水測とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保	2	2	2			
			多目的タンク水位	1	0	0	③							
			蒸気貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替淡水源の確保						
			原水タンク水位	1	0	0	③	保状態を確認するパラメータ						
			取水貯蔵タンク水位	1	0	0	③							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						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		
海を利用								低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	原子炉水位、サブレーション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	
								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 (S.A.広帯域)	1	1		
海を利用								原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		
								サブレーション・プール水位	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 非常時運転手順(項別) 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】	電源	電圧	30kV 母線電圧	1	1	0	0	①	30kV 母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-
	電圧	電圧	AC 2 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧を監視する	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替電源設備による給電 非常時運転手順 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】	電源	電圧	275kV 東海第二原子力線 1 L 電圧	1	1	1	1	③	東海第二原子力線 1 L の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	275kV 東海第二原子力線 2 L 電圧	1	1	1	1	③	東海第二原子力線 2 L の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	15kV 原子力 1 号機電圧	1	1	1	1	③	原子力 1 号機の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	M/C 2 C 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	M/C 2 D 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	M/C HPCS 電圧	1	1	1	1	③	緊急時 M/C の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	M/C 2 C 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	M/C 2 D 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 非常時運転手順(項別) 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】	電源	電圧	330kV 島根 2 号炉 1 号機電圧	1	1	1	1	③	外部電源の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	220kV 島根 2 号炉 2 号機電圧	1	1	1	1	③	外部電源の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	60kV 緊急用電圧	1	1	1	1	③	外部電源の電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	C-メタタラ電圧	1	1	1	1	③	非常時メタタラの電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	D-メタタラ電圧	1	1	1	1	③	非常時メタタラの電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	HPCS-メタタラ電圧	1	1	1	1	③	非常時メタタラの電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を監視する	-	-
	電源	電圧	緊急用メタタラ電圧	1	1	1	1	③	緊急用メタタラの電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	C-メタタラ電圧	1	1	1	1	③	非常時メタタラの電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	D-メタタラ電圧	1	1	1	1	③	非常時メタタラの電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	C-ロードセンター電圧	1	1	1	1	③	非常時ロードセンターの電圧状態を監視する	-	-
	電源	電圧	D-ロードセンター電圧	1	1	1	1	③	非常時ロードセンターの電圧状態を監視する	-	-

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			
事故時運転操作手順書 (備) 停機 (運転ベーク) 手順 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機)	電源	500kV 母線電圧	1	0	③	500kV 母線の受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2E電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2F電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2G電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2H電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2I電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2J電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2K電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			
事故時運転操作手順書 (備) 停機 (運転ベーク) 手順 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機)	電源	275kV 東海第二原子力炉 1L 電圧	1	1	③	東海第二原子力炉 1L の受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	275kV 東海第二原子力炉 2L 電圧	1	1	③	東海第二原子力炉 2L の受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	154kV 原子力 1 号機電圧	1	1	③	原子力 1 号機の受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2E電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2F電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2G電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2H電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	M/C 2I電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			
事故時運転操作手順書 (備) 停機 (運転ベーク) 手順 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機) 事故時運転操作手順書 (停機)	電源	220kV 島根第二原子力炉 1L 送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	220kV 島根第二原子力炉 2L 送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	66kV 島根送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	C-メタタラ出線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	D-メタタラ出線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	C-メタタラ母線電圧 (他)	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	D-メタタラ母線電圧 (他)	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	HPCS-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	C-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認する パラメータ	-
	電源	D-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認する パラメータ	-

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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等
事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉)	電源	電源	500kV 母線電圧	1	0	①	500kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C 2C 電圧	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C 2D 電圧	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			第二回線電圧	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
D/G 運転監視(他号炉)	電源	電源	M/C 2C 電圧	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			M/C 2D 電圧	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
			非常用 D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	①	非常用 D/C 発電機電圧の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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	計器名称	計器数	直後	計器故障等
1. 14. 2. 2 代替電源(直後)による対応手順 (D) 代替電源設備試験による発電 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉)	電源	電源	275kV 東海第二原子力線 1 L 電圧	1	1	③	東海第二原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			275kV 東海第二原子力線 2 L 電圧	1	1	③	東海第二原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			M/C 2C 電圧	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			M/C 2D 電圧	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			直流 125V 主母線電圧 2 A 電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			直流 125V 主母線電圧 2 B 電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			275kV 東海第二原子力線 1 L 電圧	1	1	③	東海第二原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			275kV 東海第二原子力線 2 L 電圧	1	1	③	東海第二原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-
AM 設備別操作 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉) 非常時運転手順書(他号炉)	電源	電源	M/C 2C 電圧	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			M/C 2D 電圧	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			直流 125V 主母線電圧 2 A 電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			直流 125V 主母線電圧 2 B 電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-

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

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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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	計器名称	計器数	直後	計器故障等
1. 14. 2. 1 代替電源(直後)による対応手順 (D) 代替電源設備試験による発電 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉) 事故時運転手順書(他号炉)	電源	電源	220kV 島根第二原子力線 1 L 送電電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			220kV 島根第二原子力線 2 L 送電電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			6.6kV 直流電源電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-
			C-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-
			D-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-
			HPCS-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-
			高圧発電機車電圧	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
			高圧発電機車電圧	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-
			緊急用メタタタ電圧	1	1	①	緊急用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-
			C-メタタタ母線電圧	1	1	①	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-
D/G 運転監視(他号炉)	電源	電源	C-ロードセンター母線電圧	1	1	①	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	①	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-









1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns for countermeasures (対応手段), items (項目), and evaluation (評価). It details procedures for power supply restoration and monitoring of various meters.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns for countermeasures (対応手段), items (項目), and evaluation (評価). It details monitoring of meters for power supply restoration at Tokai No.2.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns for countermeasures (対応手段), items (項目), and evaluation (評価). It details monitoring of meters for power supply restoration at Shimane No.2.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			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			計器名称	計器数	直後
1.14.2.2 代替電源(既設)による対応手順 ① 非常時電源用電源供給(既設)による電源確保 ② 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ③ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ④ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑤ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑥ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑦ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑧ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑨ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑩ 緊急時電源確保(既設)による電源確保	電源	電圧	5MVA交流125V発電機電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	交流 125V 主母線電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	5MVA交流125V発電機電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	交流 125V 主母線電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	5MVA交流125V発電機電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	交流 125V 主母線電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	5MVA交流125V発電機電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	交流 125V 主母線電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	5MVA交流125V発電機電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	電源	電圧	交流 125V 主母線電圧	1	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後		負荷切り直し後
非正常時運転手順 書Ⅱ(既設)による電源確保 ① 非常時電源確保(既設)による電源確保 ② 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ③ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ④ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑤ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑥ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑦ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑧ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑨ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑩ 緊急時電源確保(既設)による電源確保	電圧	275kV東海第二原発1L電圧	1	1	③	275kV東海第二原発1L電圧	1	1	③	-
	電圧	275kV東海第二原発2L電圧	1	1	③	275kV東海第二原発2L電圧	1	1	③	-
	電圧	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	-
	電圧	M/C 2C電圧	1	1	③	M/C 2C電圧	1	1	③	-
	電圧	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/C電圧	1	1	③	-
	電圧	緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/C電圧	1	1	③	-
	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	-
	電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	-
	電圧	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-
	電圧	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	
事故時操作要領書(既設)による電源確保 (電圧)による電源確保 ① 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ② 非常時電源確保(既設)による電源確保 ③ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ④ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑤ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑥ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑦ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑧ 非常時電源確保(既設)による電源確保 ⑨ 緊急時電源確保(既設)による電源確保 ⑩ 非常時電源確保(既設)による電源確保	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	B-110V系交流電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	B-110V系交流電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	A-110V系交流電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	B-110V系交流電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	S-A母線電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	S-A母線電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	
	電圧	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常時電源確保の受電状態を確認するパラメータ	-	-	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分離理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			計器名称	計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	
1.14.2 代替電源 (直流) による対応手順 非常時運転操作手順書 (徴候ベース) 緊急時運転操作手順書 (停止時徴候ベ- ース) [交流/直流電源供給回復]	電源	異常	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	計器故障等 SBO
			M/C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-	-	-	
			第一C1C 発電機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			第二C1C 発電機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			電源車電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			直流125kV 主母線電圧A電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			直流125kV 主母線電圧B電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			P/C C-1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			P/C D-1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			非常用M/C発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			非常用M/C発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			直流125kV 主母線電圧A電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			直流125kV 主母線電圧B電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
			P/C C-1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-	
P/C D-1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-				
非常用M/C発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-				
非常用M/C発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	-	-				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分離理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			計器名称	計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼルの発電機機能喪失時の代替交流電源による給電 a. 常設代替交流電源設備による非常用高圧母線への給電 非常時運転手順書 II (徴候ベ- ース) 「電源供給回復」 非常時運転手順書 II (停止時徴 候ベ-ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領	電源	異常	275kV 東海原子力線 1 L 電 圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	計器故障等 SBO
			275kV 東海原子力線 2 L 電 圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	
			154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			M/C 2 C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			M/C 2 D 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			M/C 2 C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			M/C 2 D 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			常設代替高圧電源装置電 機電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			常設代替高圧電源装置電 機出力	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分離理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			計器名称	計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	
1.14.2.2 代替電源 (直流) による対応手順 (1) 代替交流電源による給電 非常時運転操作手順書 (徴候 ベ-ース) AM設備別操作手順書 [高圧発電機車による緊急 停止時電源復旧] 非常時運転操作手順書 (停止時徴 候ベ-ース) [交流/直流電源供給回復] 非常時運転操作手順書 (停止時徴 候ベ-ース) [交流/直流電源供給回復]	電源	異常	B-115kV 系直流電源電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	計器故障等 SBO
			B-115kV 系直流電源 (S A) 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
			230V 系電圧 (使用)	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
			高圧発電機車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			高圧発電機車出力電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			B-115kV 系直流電源 (S A) 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
			S-A 用115kV 系直流電源電 圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
			230V 系電圧 (使用)	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
			B-115kV 系直流電源電 圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
			B-115kV 系直流電源 (S A) 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
			230V 系電圧 (使用)	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
			高圧発電機車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			高圧発電機車出力電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			B-115kV 系直流電源 (S A) 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
S-A 用115kV 系直流電源電 圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-				
230V 系電圧 (使用)	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-				

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

1.14 電源の確保に関する手順等

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)

Table with columns for item, category, name, type, count, and evaluation. It lists monitoring items related to power supply for 6/7 reactors, such as '電源1' (Power 1) and '電源2' (Power 2).

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

東海第二発電所 (2018.9.18版)

Table with columns for countermeasure, item, category, name, type, count, and evaluation. It lists monitoring items for power supply at Tokai 2nd power plant, including '電源1' and '電源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

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

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns for item, category, name, type, count, and evaluation. It lists monitoring items for power supply at Shimane nuclear power plant, including '電源1' and '電源2'.

備考

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1 直後電源 を任命した場合	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (徴候〜 除去) S)	事故時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	M/C B電圧	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用M/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			P/C D電圧	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (徴候〜 除去) S)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	電源	AM用M/C B電圧	1	1	②	補助パラメータ 分類理由	AM用M/Cの受電状態を確認する パラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	②			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去) S)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1 直後電源 を任命した場合	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (徴候〜 除去) S)	事故時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	275kV東海第二発電機電圧	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	東海第二発電機電圧を確認す るパラメータ	-
			275kV東海第二発電機電圧	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	非常用M/C B電圧	1	1	②	補助パラメータ 分類理由	非常用M/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	②			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用D/Cの受電状態を確認す るパラメータ	-
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A.B系のみ)	1	1	③			

備考

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1 直後電源 を任命した場合	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (徴候〜 除去) S)	事故時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	220kV 第2号炉分電圧	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-
			220kV 第2号炉分電圧 線1上送電電圧	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	220kV 第2号炉分電圧 線2上送電電圧	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-
			6.6kV 変圧支線電圧	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	C-メータラ母線電圧	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用メータラ受電状態 を確認するパラメータ	-
			D-メータラ母線電圧	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	A-113V系直成母線電圧	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	直成電源の受電状態を確認 するパラメータ	-
			B-113V系直成母線電圧	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	C-ロードセンター母線電圧 (他号炉)	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用ロードセンター受電 状態を確認するパラメータ	-
			D-ロードセンター母線電圧 (他号炉)	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	A-113V系直成母線電圧	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	直成電源の受電状態を確認 するパラメータ	-
			B-113V系直成母線電圧	1	1	①			
異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	異常時運転操作手順書 (停止時徴 候〜除去)	電源	C-ロードセンター母線電圧 (他号炉)	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	非常用ロードセンター受電 状態を確認するパラメータ	-
			D-ロードセンター母線電圧 (他号炉)	1	1	①			

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	SBO影響 直後	計器名称		
1.14.2.4 燃料の補助下層 C2タンクローリーから各機器室への給電 多量なバグ・ドリンによる給電 タンクローリーから各機器室への給電	電源	電源	1	1	緊急時対策本部」に備置 緊急時対策本部」に備置	③ ③	計器故障等
		M/C 2C電圧	1	1	③	③	
		M/C 2D電圧	1	1	③	③	
		M/C 2E電圧	1	1	③	③	
		M/C 2F電圧	1	1	③	③	
		M/C 2G電圧	1	1	③	③	
		M/C 2H電圧	1	1	③	③	
		M/C 2I電圧	1	1	③	③	
		M/C 2J電圧	1	1	③	③	
		M/C 2K電圧	1	1	③	③	
M/C 2L電圧	1	1	③	③			
1.14.2.4 燃料の補助下層 C2タンクローリーから各機器室への給電 多量なバグ・ドリンによる給電 タンクローリーから各機器室への給電	電源	電源	1	1	緊急時対策本部」に備置 緊急時対策本部」に備置	③ ③	計器故障等
		M/C 2C電圧	1	1	③	③	
		M/C 2D電圧	1	1	③	③	
		M/C 2E電圧	1	1	③	③	
		M/C 2F電圧	1	1	③	③	
		M/C 2G電圧	1	1	③	③	
		M/C 2H電圧	1	1	③	③	
		M/C 2I電圧	1	1	③	③	
		M/C 2J電圧	1	1	③	③	
		M/C 2K電圧	1	1	③	③	
M/C 2L電圧	1	1	③	③			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	SBO影響 直後	計器名称		
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替交流電源による対応手順 d. 可搬型代替交流電源設備による非常用低圧供給への給電	電源	電源	1	1	緊急時対策本部」に備置 緊急時対策本部」に備置	③ ③	計器故障等
		M/C 2C電圧	1	1	③	③	
		M/C 2D電圧	1	1	③	③	
		M/C 2E電圧	1	1	③	③	
		M/C 2F電圧	1	1	③	③	
		M/C 2G電圧	1	1	③	③	
		M/C 2H電圧	1	1	③	③	
		M/C 2I電圧	1	1	③	③	
		M/C 2J電圧	1	1	③	③	
		M/C 2K電圧	1	1	③	③	
M/C 2L電圧	1	1	③	③			
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替交流電源による対応手順 d. 可搬型代替交流電源設備による非常用低圧供給への給電	電源	電源	1	1	緊急時対策本部」に備置 緊急時対策本部」に備置	③ ③	計器故障等
		M/C 2C電圧	1	1	③	③	
		M/C 2D電圧	1	1	③	③	
		M/C 2E電圧	1	1	③	③	
		M/C 2F電圧	1	1	③	③	
		M/C 2G電圧	1	1	③	③	
		M/C 2H電圧	1	1	③	③	
		M/C 2I電圧	1	1	③	③	
		M/C 2J電圧	1	1	③	③	
		M/C 2K電圧	1	1	③	③	
M/C 2L電圧	1	1	③	③			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	SBO影響 直後	計器名称		
1.14.2.3 燃料の補助下層による対応手順 多量なバグ・ドリンによる給電 タンクローリーから各機器室への給電	電源	電源	1	1	緊急時対策本部」に備置 緊急時対策本部」に備置	③ ③	計器故障等
		M/C 2C電圧	1	1	③	③	
		M/C 2D電圧	1	1	③	③	
		M/C 2E電圧	1	1	③	③	
		M/C 2F電圧	1	1	③	③	
		M/C 2G電圧	1	1	③	③	
		M/C 2H電圧	1	1	③	③	
		M/C 2I電圧	1	1	③	③	
		M/C 2J電圧	1	1	③	③	
		M/C 2K電圧	1	1	③	③	
M/C 2L電圧	1	1	③	③			
1.14.2.3 燃料の補助下層による対応手順 多量なバグ・ドリンによる給電 タンクローリーから各機器室への給電	電源	電源	1	1	緊急時対策本部」に備置 緊急時対策本部」に備置	③ ③	計器故障等
		M/C 2C電圧	1	1	③	③	
		M/C 2D電圧	1	1	③	③	
		M/C 2E電圧	1	1	③	③	
		M/C 2F電圧	1	1	③	③	
		M/C 2G電圧	1	1	③	③	
		M/C 2H電圧	1	1	③	③	
		M/C 2I電圧	1	1	③	③	
		M/C 2J電圧	1	1	③	③	
		M/C 2K電圧	1	1	③	③	
M/C 2L電圧	1	1	③	③			

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	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	
1.14.2.5 重大事故等対処期間(設計基準範囲)の対応手順 (1)非常用交流電源設備による給電 事故時運転転作手順 書(機組ベース) 「交配/直交電源供給 回復」 事故時運転転作手順 書(停止時機組ベ- ース) 「交配/直交電源供給 回復」	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	SBO 計器故障等 及び1直交電源(区別)直交電源 を起動した場合
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	
	M/C 母線電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	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	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直交電源による給電 a. 所内常設直交電源設備による直流125V主母線電圧への給電 非常時運転手順 書II(機組ベ- ース) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II(停止時機 組ベ-ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV東海第二原子力線1L電 圧	1	1	③	東海第二原子力線1Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	SBO 計器故障等
	275kV東海第二原子力線2L電 圧	1	1	③	東海第二原子力線2Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	
	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	-	
	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ	-	-	-	
	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ	-	-	-	
	M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	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	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直交電源による給電 a. 所内常設直交電源設備による直流125V主母線電圧への給電 非常時運転手順 書II(機組ベ- ース) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II(停止時機 組ベ-ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV島根第二原子力線1L電 圧	1	1	③	島根第二原子力線1Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	SBO 計器故障等
	275kV島根第二原子力線2L電 圧	1	1	③	島根第二原子力線2Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	
	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-	-	
	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ	-	-	-	
	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ	-	-	-	
	M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確 認するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	
	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1.14.2.5. 重大事故発生時燃料供給機(燃料供給機)の対応手順 (2)非常用ディーゼル発電機(燃料供給機)による給電 事故時運転手順書(燃料供給機)「交流/直流電源供給手順書(停止時運転手順書)」 事故時運転手順書(停止時運転手順書) 「交流/直流電源供給手順書」	50kV 母線電圧	1	0	0	0	①	50kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	M/C C 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	M/C D 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	M/C E 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
1.14.2.4. 非常用ディーゼル発電機(燃料供給機)による給電 (2)非常用ディーゼル発電機(燃料供給機)による給電 事故時運転手順書(燃料供給機)「交流/直流電源供給手順書(停止時運転手順書)」 事故時運転手順書(停止時運転手順書) 「交流/直流電源供給手順書」	275kV 東海原子力線 1 L 電圧	1	1	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	275kV 東海原子力線 2 L 電圧	1	1	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1.14.2.4. 非常用ディーゼル発電機(燃料供給機)による給電 (2)非常用ディーゼル発電機(燃料供給機)による給電 事故時運転手順書(燃料供給機)「交流/直流電源供給手順書(停止時運転手順書)」 事故時運転手順書(停止時運転手順書) 「交流/直流電源供給手順書」	275kV 東海原子力線 1 L 電圧	1	1	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	275kV 東海原子力線 2 L 電圧	1	1	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	M/C 2 C 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
AM設備別操作 手順書	M/C 2 D 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	M/C HPCS 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	HPCS D/G 発電機周波数	1	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1.14.2.4. 非常用ディーゼル発電機(燃料供給機)による給電 (2)非常用ディーゼル発電機(燃料供給機)による給電 事故時運転手順書(燃料供給機)「交流/直流電源供給手順書(停止時運転手順書)」 事故時運転手順書(停止時運転手順書) 「交流/直流電源供給手順書」	275kV 東海原子力線 1 L 電圧	1	1	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	275kV 東海原子力線 2 L 電圧	1	1	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	6.6 kV 機島支線電圧	1	1	1	1	③	機島支線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	C-メタクター母線電圧	1	1	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	D-メタクター母線電圧	1	1	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	C-メタクター母線電圧	1	1	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	D-メタクター母線電圧	1	1	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	HPCS-D 発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	HPCS-D 発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	HPCS-D 発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	HPCS-D 発電機電圧	1	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後   SBO影響   負荷切り直し後	計器名称	計器数		直後   負荷切り直し後
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機運転失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機運転失時の代替電源による給電 C. 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	電源	①25kV東海原子力線1L電圧 ②25kV東海原子力線2L電圧 15kV原子力1号線電圧 M/C 2C電圧 M/C 2D電圧 P/C 2C電圧 P/C 2D電圧 直流125V主母線電圧2A電圧 直流125V主母線電圧2B電圧 直流125V主母線電圧2A電圧 直流125V主母線電圧2B電圧 可搬型代替低圧電源車充電機電圧 可搬型代替低圧電源車充電機電圧 可搬型代替低圧電源車充電機電圧 可搬型整流器電圧 可搬型整流器電圧	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 4 4	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 4 4	③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③	③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③	- - - - - - - - - - - - - - - - - -	- - - - - - - - - - - - - - - - - -

①：重電監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

1.14 電源の確保に関する手順等

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後   SBO影響   負荷切り直し後	計器名称	計器数		直後   負荷切り直し後
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機運転失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機運転失時の代替電源による給電 C. 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電 D. 非常用ディーゼル発電機運転失時の代替電源による給電	電源	220kV 第2原子力幹線1L送電電圧 220kV 第2原子力幹線2L送電電圧 6.6kV 重油支線電圧 C-メタタフ母線電圧 D-メタタフ母線電圧 C-メタタフ母線電圧 (他 号炉) D-メタタフ母線電圧 (他 号炉) C-メタタフ母線電圧 D-メタタフ母線電圧 ディーゼル発電機電圧 (他 号炉) ディーゼル発電機電圧 (他 号炉) ディーゼル発電機電圧 (他 号炉)	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	③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③	③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③ ③	- - - - - - - - - - - - - - - - - -	- - - - - - - - - - - - - - - - - -

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	直後 [負荷切り直し後]	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 [負荷切り直し後]	計器故障等
1.14.2.5 代替海水送水による対応手順 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	電源	275kV東海原子力線 1 L 電圧	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			275kV東海原子力線 2 L 電圧	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			15kV原子力 1 号線電圧	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 C 電圧	1	1	③	非常用M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 D 電圧	1	1	③	非常用M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C H P C S 電圧	1	1	③	非常用M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 C 電圧	1	1	③	非常用M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 D 電圧	1	1	③	非常用M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C H P C S 電圧	1	1	③	非常用M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			2 C ・ 2 D 非常用ディーゼル発電機閉入口圧力	2	2	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			高圧炉心スプレイズディーゼル発電機閉入口圧力	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数 0/1/計出値	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	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	計器故障等
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機本機の代替電源による対応手順 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領 「外部電源発生時対応手順書」(運転要領) 「外部電源発生時対応手順書」(運転要領) AM設備別操作要領 「高圧発電機機組による非常用電源発生時対応手順書」 「高圧発電機機組による非常用電源発生時対応手順書」 「高圧発電機機組による非常用電源発生時対応手順書」 (タンクローリー)から各種機器等への供給)	電源	電源	220kV 第二原子力線 1 L 送電電圧	1	1	⑤	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			220kV 第二原子力線 2 L 送電電圧	1	1	⑤	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			6.6kV 黒島線電圧	1	1	⑤	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			C-メタタケ母線電圧	1	1	⑤	非常用メタタケの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			D-メタタケ母線電圧	1	1	⑤	非常用メタタケの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			高圧発電機機組電圧	1	1	⑤	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			高圧発電機機組電圧	1	1	⑤	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			緊急時対策本部」に確認	1	1	⑤	緊急時対策本部」に確認	-	-	-	-	
			緊急時対策本部」に確認	1	1	⑤	緊急時対策本部」に確認	-	-	-	-	
			C-メタタケ母線電圧	1	1	⑤	非常用メタタケの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			D-メタタケ母線電圧	1	1	⑤	非常用メタタケの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	直後	SD0影響 負荷切り離し後	計器名称	直後	SD0影響 負荷切り離し後	
1.14.2.6 燃料の補給手順 (1) 燃料給油設備による給油 重大事故等対策 要領	補機監視機能	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	-	-	-
	操作	タンクローリレベル	1	1	③	-	-	-
	補機監視機能	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	-	-	-
	操作	タンクローリレベル	1	1	③	-	-	-
	AM設備別操作 手順書	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	-	-	-
操作	補機監視機能	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数 (0内はPM)	直後	SD0影響 負荷切り離し後	計器名称 (0内はPM)	直後	SD0影響 負荷切り離し後	
電機 異常 警報	電機	220kV 高2所力母線1L送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		220kV 高2所力母線2L送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		6.6kV 高圧支線電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		C-メタクター母線電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		D-メタクター母線電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
操作	電機	高圧発電機母線電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		高圧発電機母線電圧	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		C-メタクター母線電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		D-メタクター母線電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		C-ロードセントラ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセントラの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
D-ロードセントラ母線電圧	1	1	③	非常用ロードセントラの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数
L1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内圧気設備への給電 書II (微少ベール電源供給回復) 非常時運転手順書II (停止時復旧)	電源	275kV東海原子力線 1L電圧	1	1	③	東海原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		275kV東海原子力線 2L電圧	1	1	③	東海原子力線 2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		15kV原子力1号機電圧	1	1	③	原子力1号機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
L1.14.2.5 燃料の補給手順 (2) タンクローリから各機設等への給電	電源	2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数
L1.14.2.5 燃料の補給手順 (2) タンクローリから各機設等への給電	監視監視機能	ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		ガスタービン発電機燃料タンク物位	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価値		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	評価値			
1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内電気設備への給電 非正常時運転手順 「電源供給回復」 非正常時運転手順 「電源供給回復」 非正常時運転手順 「電源供給回復」	1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内電気設備への給電 軽油貯蔵タンクレベル 2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル 高圧貯心スプレイ系ディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル 補機監視機能 操作(2/2) DGSW海水流量(2C) DGSW海水流量(2D) DGSW海水流量(HPC S)		2	2	③		-	-	-				
			2	2	③		-	-	-				
			1	1	③		-	-	-				
			1	0	③		-	-	-				
			1	0	③		-	-	-				
			1	0	③		-	-	-				
			1	0	③		-	-	-				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価値			
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	評価値				
1.14.2.6 重大事故等対処設備(設計基準事故時)による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」 非正常時運転手順「電源供給回復」	1.14.2.6 重大事故等対処設備(設計基準事故時)による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電 軽油貯蔵タンクレベル 2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル 高圧貯心スプレイ系ディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル 補機監視機能 操作(2/2) DGSW海水流量(2C) DGSW海水流量(2D) DGSW海水流量(HPC S) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流) 外部監視設備(電圧・電流)		1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			2	2	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					
			1	1	③		-	-	-					

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
1.14.2.7 設計基準事故対処手順による対応手順 (2) 非常用直営電源設備による給電 非常時運転手順 書II (運転ベース) 「電源供給回復」 非常時運転手順 書II (停止時撤 去ベース) 「停止時電源復 旧」	電源	275kV東海原子力線1L電 圧	1	1	③	東海原子力線1Lの受電状 態を確認するバラムメータ	-	-
		275kV東海原子力線2L電 圧	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状 態を確認するバラムメータ	-	-
		15kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を 確認するバラムメータ	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するバラムメータ	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するバラムメータ	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するバラムメータ	-	-
		直営125V主母線2A電圧	1	1	③	直営125V主母線の受電状態を 確認するバラムメータ	-	-
		直営125V主母線HPCS 電圧	1	1	③	直営125V主母線の受電状態を 確認するバラムメータ	-	-
		直営±24V中性子モニタ用 分電盤2A電圧	1	1	③	直営±24V中性子モニタ用の 受電状態を確認するバラムメータ	-	-
		直営±24V中性子モニタ用 分電盤2B電圧	1	1	③	直営±24V中性子モニタ用の 受電状態を確認するバラムメータ	-	-
		直営125V主母線2A電圧	1	1	③	直営125V主母線の受電状態を 確認するバラムメータ	-	-
		直営125V主母線2B電圧	1	1	③	直営125V主母線の受電状態を 確認するバラムメータ	-	-
		直営±24V中性子モニタ用 分電盤2A電圧	1	1	③	直営±24V中性子モニタ用の 受電状態を確認するバラムメータ	-	-
		直営±24V中性子モニタ用 分電盤2B電圧	1	1	③	直営±24V中性子モニタ用の 受電状態を確認するバラムメータ	-	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	直後	計器名称	計器数	直後	
1.14.2.6 重大事故等対処手順 (設計基準事故) による対応手順 (2) 非常用直営電源設備による給電 非常時運転手順書 (撤去 ベース) 「電源復旧」	電源	220kV 第2原子力冷 機1L送電電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	
		220kV 第2原子力冷 機2L送電電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	
		6.6kV 機島交換電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	
		C-メタラフ母線電圧	1	1	①	非常用メタラフの受電状態 を確認するバラムメータ	-	-	
		D-メタラフ母線電圧	1	1	①	非常用メタラフの受電状態 を確認するバラムメータ	-	-	
		HPCS-メタラフ母線電 圧	1	1	①	非常用メタラフの受電状態 を確認するバラムメータ	-	-	
		A-115V系統母線電圧	1	1	①	非常用メタラフの受電状態 を確認するバラムメータ	-	-	
		高圧側心スプレイ系統 母線電圧	1	1	①	非常用メタラフの受電状態 を確認するバラムメータ	-	-	
		230V系統電圧 (RC1 C) 母線電圧	1	1	①	非常用メタラフの受電状態 を確認するバラムメータ	-	-	
		A-1号炉中性子計測用 電圧母線電圧	1	1	①	非常用メタラフの受電状態 を確認するバラムメータ	-	-	
		B-1号炉中性子計測用 電圧母線電圧	1	1	①	非常用メタラフの受電状態 を確認するバラムメータ	-	-	
		220kV 第2原子力冷 機1L送電電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	
		220kV 第2原子力冷 機2L送電電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	
		6.6kV 機島交換電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	

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

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	バスタータ分類			計器数
原子炉スクラム確認	平均出力領域モニタ	4	1	1	0	監視事項は主要バスタータにて確認
	起動領域モニタ	10	3	2	0	監視事項は主要バスタータにて確認
高圧・低圧注水機能喪失確認	原子炉水位 (圧力)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認
	原子炉水位 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要バスタータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	バスタータ分類			計器数
原子炉スクラム確認	平均出力領域計表	2	0	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
	起動領域計表	8	0	1	0	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
高圧・低圧注水機能喪失確認 (1/3)	原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料)	1	1	2	2	平均出力領域計表により起動領域計表の代替監視可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		1	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能

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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	バスタータ分類			計器数
外部電源喪失及び原子炉スクラム確認	平均出力領域計表	6	0	4	0	中性子領域計表により平均出力領域計表の代替監視可能
	原子炉水位 (圧力) 原子炉水位 (燃料)	2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
高圧・低圧注水機能喪失確認	原子炉水位 (圧力) 原子炉水位 (燃料)	2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能
		2	1	1	1	制御操作監視系により、本機界状態が推定可能

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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価			
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称				
高圧・低圧注水系による 原子炉注水 中	1	原子炉水位 (S/A)	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	監視事項は主要パラメータにて確認			
										高圧代注注水系統流量	高圧代注注水系統流量	高圧代注注水系統流量
										低圧代注注水系統流量	低圧代注注水系統流量	低圧代注注水系統流量
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)

※ 有効監視パラメータは抽出パラメータ欄に記載

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価			
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称				
高圧・低圧注水機 能喪失確認 (2/3)	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	監視事項は抽出パラメータにて確認			
										高圧代注注水系統流量	高圧代注注水系統流量	高圧代注注水系統流量
										低圧代注注水系統流量	低圧代注注水系統流量	低圧代注注水系統流量
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)

※ 有効監視パラメータは抽出パラメータ欄に記載

・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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価			
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称				
高圧・低圧注水機能喪失	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	監視事項は抽出パラメータにて確認			
										高圧代注注水系統流量	高圧代注注水系統流量	高圧代注注水系統流量
										低圧代注注水系統流量	低圧代注注水系統流量	低圧代注注水系統流量
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)
										原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力 (S/A)
										原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)	原子炉圧力 (広帯域)
										原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)



重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
過がし安全弁による原子炉急減圧	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	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	
		1	1	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	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	原子炉圧力	3	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認	
		3	1	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	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		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
高圧・低圧注水機能喪失確認 (3/3)	高圧代替注水系による原子炉注水注	1	0	①	—	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位は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	0	①	—	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	
高圧代替注水系による原子炉注水注 (1/2)	高圧代替注水系による原子炉注水注	1	1	①	—	高圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	高圧代替注水系原子炉注水流量は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	1	①	—	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン線管域用)	1	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
高圧・低圧注水機能喪失確認	高圧代替注水系による原子炉注水注	3	3	①	—	原子炉水位(SA)	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
		1	1	①	—	高圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン線管域用)	1	1	1	
高圧代替注水系による原子炉注水注	高圧代替注水系による原子炉注水注	2	2	①	—	高圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン線管域用)	1	1	高圧代替注水系原子炉注水流量は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	2	①	—	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン線管域用)	1	1	1	

※ 有効性評価上考慮しない操作

・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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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				計器故障等	SBO
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数		
低圧代替注水系(常設)による原子炉注水	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1	1	直接的に原子炉圧力増大の圧力を計測することができ、監視可能。
	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
高圧代替注水系(常設)による原子炉注水(2/2)	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力(広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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				計器故障等	SBO
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数		
高圧代替注水系による原子炉注水(2/2)	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。

※有効性評価上考慮しない項目  
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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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				計器故障等	SBO
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数		
高圧代替注水系による原子炉注水	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。
	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力増大の傾向を把握し、監視可能。

※ 有効性評価上考慮しない項目

・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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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			詳細
	計器名称	計器種類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器種類	計器故障等	
低圧代替注水(常設)による原子炉注水	復水補給水流量(OR B系代替注水流量)	直後	区分Ⅰ直流通過を延命した場合	復水貯蔵槽水位(SA)	直後	区分Ⅰ直流通過を延命した場合	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	1	①	1	1	
復水貯蔵槽水位(SA)	復水貯蔵槽水位(SA)	直後	区分Ⅱ直流通過を延命した場合	原子炉水位(広帯域)	直後	区分Ⅱ直流通過を延命した場合	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	1	①	3	3	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器種類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器種類	計器故障等	
遠がし安全弁による原子炉急減圧	原子炉圧力 (SA)	直後	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	2	2	2	2	
低圧代替注水(常設)による原子炉注水(1/4)	原子炉圧力 (SA)	直後	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	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	計器種類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器種類	計器故障等	
遠がし安全弁による原子炉急減圧	原子炉圧力 (SA)	直後	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	2	2	2	2	
低圧代替注水(常設)による原子炉注水(1/4)	原子炉圧力 (SA)	直後	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	2	2	2	2	

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	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	直後			計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
抽出設備のトラブルによる原子炉冷却回路の断水	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。
	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	0	1	1	1	監視は原子炉冷却回路内の圧力を計測すること及び、監視は原子炉冷却回路内の圧力(低圧)から、ドライウェル内水位(高圧)により代替監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	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	直後			計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
低圧代替注水(常設)による原子炉注水(2/4)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	0	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	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	直後			計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
低圧原子炉代替注水(常設)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	0	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	1	1	1	
		2	2	1	0	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
代替燃料容器アブレイ全注水(常設)による原子炉格納容器冷却	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	本体である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替監視装置
	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	①	燃料容器内圧力(DW)	1	1	1	注水先の燃料容器内圧力(DW)又は燃料容器内圧力(SO)より代替監視可能
低圧代替注水系統(3/4)	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	注水先の燃料域より原子炉水位の代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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		
			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(3/4)	原子炉水位(SA)	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  原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前段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(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満水を推定可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	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(SA)	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(燃料域)	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(SA)	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(燃料域)	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(SA)	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(燃料域)	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(SA)	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(燃料域)	1	1	1	
	原子炉水位(SA)	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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		
			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(3/4)	原子炉水位(SA)	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  原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と前段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(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満水を推定可能
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	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(SA)	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(燃料域)	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(SA)	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(燃料域)	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(SA)	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(燃料域)	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(SA)	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(燃料域)	1	1	1	
	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(燃料域)	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対峙手段	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※ (1/5)	ドライウエル圧力	1	1	①	サブレーション・チェンバ圧力	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブレーション・チェンバ圧力	1	1	①	ドライウエル圧力	1	1	1	監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	
	サブレーション・チェンバ温度	3	3	①	サブレーション・チェンバ蒸気温度	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	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：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対峙手段	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		
格納容器代替スプレッド系(可搬型)による原子炉格納容器冷却	サブレーション・チェンバ圧力(SA)	1	1	①	格納容器代替スプレッド流量(低圧原子炉代替注水流量(低圧風用))	2	2	2	格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	ドライウエル圧力(SA)	2	2	①	サブレーション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
	サブレーション・チェンバ圧力(SA)	2	2	①	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
格納容器代替スプレッド系による原子炉格納容器冷却	サブレーション・チェンバ圧力(SA)	1	1	①	格納容器代替スプレッド流量(低圧原子炉代替注水流量(低圧風用))	2	2	2	格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	ドライウエル圧力(SA)	2	2	①	サブレーション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
	サブレーション・チェンバ圧力(SA)	2	2	①	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対芯手段	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※ (2/5)	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広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態があると想定し、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 (SA)	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対芯手段	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		
格納容器フィルターバベント系による原子炉注水機能喪失※	格納容器空気放射線モニタ (Dライウエル)	2	2	①	エアリア放射線モニタ (原炉放射線モニタ) エアリア放射線モニタ (原炉放射線モニタ)	18	0	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器空気放射線モニタ (サプレッション・チェンバレンバ)	2	2	①	エアリア放射線モニタ (原炉放射線モニタ) エアリア放射線モニタ (原炉放射線モニタ)	18	0	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	スクラハ容器水位	8	8	①	スクラハ容器水位	8	8	8		
	スクラハ容器圧力	4	4	①	Dライウエル圧力 (SA) サプレッション・チェンバレンバ圧力 (SA)	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力監視可能。格納容器フィルターバベ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
	第1レベルフィルターバベント出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	2	2	①		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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響			
								直後	負荷切り離し後		
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※(3/5)	原子炉水位 (広帯域)	2	2			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 (燃料域)	2	2			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 (可搬ライン装置用)	1	1			
				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			
						高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
						残留熱除去系統流量	3	0	0		
						低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
						原子炉圧力	2	2	1		原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバールの差圧から原子炉圧力容器の満
						原子炉圧力 (SA) サプレッション・チェンバール圧力	2	2	2		水を推定可能

※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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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			詳細			
	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
										計器故障等
代替循環冷却系による原子炉注水及び燃料容器密封性(4/5)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直後に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能  原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と換熱除去に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能  監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	
	高圧代替注水系統流量	1	1	1		高圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	原子炉水位 (原状ライン用)	1	1	1		原子炉水位 (原状ライン用)	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
	低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
低圧代替注水系統流量	1	1	1		低圧代替注水系統流量	1	1	1		
原子炉圧力	2	2	2	①		原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブレンジン・チェンバールの差圧から原子炉圧力容器の注水を推定可能  サブレンジン・プール水位の代替監視可能  注水流量の代替監視可能
原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	
サブレンジン・チェンバール圧力	1	1	1			サブレンジン・チェンバール圧力	1	1	1	
サブレンジン・プール水位	1	1	1			サブレンジン・プール水位	1	1	1	
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 (燃料域)	2	2	2			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	
原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	①		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1			原子炉水位 (SA燃料域)	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	
代替循環冷却系原子炉注出力	2	2	2			代替循環冷却系原子炉注出力	2	2	2	

※有効性評価上考慮しない操作  
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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※(5/5)	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	-	代替循環冷却系原子炉注水流量 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注水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
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(1/5)	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル雰囲気温度 [ドライウエル圧力]	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 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 [サブプレッション・チェンバ圧力]	2	2	0	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

※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

・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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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				
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
代熱格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(2/5)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	原子炉水位(SA広帯域)	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	SBO	
		2	2	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1			
					高圧代替注水系統流量	1	1	1	原子炉压力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去法に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能		
					低圧代替注水原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1			
					低圧代替注水原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1			
					代熱循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2			
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1			
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0			
					残留熱除去系統流量	3	0	0			
					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0			
					原子炉圧力	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
					原子炉圧力(SA)	2	2	2			力の差圧から原子炉压力容器の満
					サブプレッション・チェンバ	1	1	1			水を確定可能

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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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			
代替格納容器スレーブ冷却系(常設)による格納容器冷却(3/5)	原子炉水位 (広帯域)	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		
	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1			
					高圧代替注水系統流量	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			
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン狭帯域用)	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			
					低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1			
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	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統流量	1	1	1			
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
					残留熱除去系統流量	3	0	0	0		
					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
					原子炉圧力	2	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバースの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
					サブプレッション・チェンバース圧力	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後		
代替格納容器スプレイン冷却系(常設)による格納容器冷却(4/5)	低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量(常設ライオン用)	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯槽注水系統格納容器スプレイン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
	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライオン用)	1	1	1	西側淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位, 西側淡水貯槽注水系統原子炉注水流量の代替監視可能	
					原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)より, 低圧代替注水系統格納容器スプレイン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広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	前被熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より, 低圧代替注水系統原子炉注水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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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	パラメータ分類		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			補助パラメータ 分類理由	直後			負荷切り離し後	直後			負荷切り離し後
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(5/5)	代替注水貯槽水位	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	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	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	1		
					低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1		
					低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	1	1		
					低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1	1	1		
					低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1		
					原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		
					原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2		
					原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		
原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1							
サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能						
常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	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

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	SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後							
格納容器圧力逃がし装置等による格納容器除熱 (1/A2)	ドライウエル圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル蒸留気温度 【ドライウエル圧力】	1	1	8	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。圧力低下の範囲から、ドライウエル蒸留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 監視事項は抽出バロメータにて確認				
	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ蒸留気温度 【サブプレッション・チェンバ圧力】	1	1	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。格納容器内圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸留気温度により代替監視可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認				
	格納容器圧力	1	1	1	1	格納容器圧力	1	1	1	格納容器圧力を計測可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認				
	格納容器水位	1	1	1	1	格納容器水位	1	1	1	格納容器水位を計測可能。	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: 有線監視バロメータ, ③: 補助バロメータ	サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	格納容器圧力 格納容器水位 サブプレッション・チェンバ蒸留気温度 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ蒸留気温度 【サブプレッション・チェンバ圧力】	1	1	1	1	1	1	1	格納容器圧力、格納容器水位、サブプレッション・チェンバ蒸留気温度、ドライウエル圧力、サブプレッション・チェンバ蒸留気温度を計測可能。監視可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認
	格納容器圧力	1	1	1	1	格納容器圧力	1	1	1	格納容器圧力を計測可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認				
	格納容器水位	1	1	1	1	格納容器水位	1	1	1	格納容器水位を計測可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認				
	サブプレッション・チェンバ蒸留気温度	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ蒸留気温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ蒸留気温度を計測可能。	監視事項は抽出バロメータにて確認				

・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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

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				
格納容器圧力逃がし装置等による格納容器除熱 (2/2)	格納容器蒸気明気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器蒸気明気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内蒸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
	格納容器蒸気明気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器蒸気明気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内蒸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	①	-	ドライウェル圧力 サブプレッジョン・チェンバ 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	① ①	-	フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビ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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
原子炉スクラム確認	平均出力領域計器	4	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 4 SBO影響 直後 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
高圧注水機能喪失確認	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
原子炉スクラム確認	平均出力領域計器	4	4	4	1	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 4 SBO影響 直後 4
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
高圧注水機能喪失確認	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
原子炉スクラム確認	平均出力領域計器	4	4	4	1	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 4 SBO影響 直後 4
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
高圧注水機能喪失確認	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
原子炉スクラム確認	平均出力領域計器	2	2	0	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 2 SBO影響 直後 2
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
高圧注水機能喪失確認 (1/3)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
原子炉スクラム確認	平均出力領域計器	6	0	0	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 6 SBO影響 直後 0
	原子炉圧力(SA)	2	2	2	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 2 SBO影響 直後 2
高圧注水・減圧機能喪失確認	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器数 1 SBO影響 直後 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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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		
高圧注水機能喪失確認	原子炉降圧時冷却系統流量	計器数	1	0	①	計器数	1	計器故障等 水源である低圧循環槽水位(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
		直後	1	0	①	計器数	1	計器故障等 水源である低圧循環槽水位(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
		直後	1	0	①	計器数	1	計器故障等 水源である低圧循環槽水位(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
高圧注水機能喪失確認	原子炉降圧時冷却系統流量	計器数	2	0	①	計器数	2	計器故障等 水源である低圧循環槽水位(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
		直後	2	0	①	計器数	2	計器故障等 水源である低圧循環槽水位(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
低圧注水機能喪失確認	原子炉降圧時冷却系統流量	計器数	3	1	①	計器数	3	計器故障等 水源である低圧循環槽水位(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
		直後	3	1	①	計器数	3	計器故障等 水源である低圧循環槽水位(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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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		
高圧注水機能喪失確認 (2 / 3)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	計器数	2	1	①	計器数	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
		直後	2	1	①	計器数	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
		計器数	2	1	①	計器数	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
		直後	2	1	①	計器数	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
		計器数	2	1	①	計器数	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
		直後	2	1	①	計器数	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
		計器数	2	1	①	計器数	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
		直後	2	1	①	計器数	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
		計器数	2	1	①	計器数	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
		直後	2	1	①	計器数	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
		計器数	2	1	①	計器数	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
		直後	2	1	①	計器数	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
		計器数	2	1	①	計器数	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
		直後	2	1	①	計器数	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
		計器数	2	1	①	計器数	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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		
高圧注水・減圧機能喪失確認	原子炉圧力	計器数	1	1	①	計器数	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 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
		直後	1	1	①	計器数	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 直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		計器数	1	1	①	計器数	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 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
		直後	1	1	①	計器数	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 直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		計器数	1	1	①	計器数	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 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
		直後	1	1	①	計器数	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 直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		計器数	1	1	①	計器数	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 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
		直後	1	1	①	計器数	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 直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		計器数	1	1	①	計器数	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 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
		直後	1	1	①	計器数	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 直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		計器数	1	1	①	計器数	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 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
		直後	1	1	①	計器数	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 直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		計器数	1	1	①	計器数	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 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
		直後	1	1	①	計器数	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 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

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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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		
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
高圧注水機能喪失 確認 (3/3)	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	原子炉圧力 (広帯域)	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力 (燃料線)	1	1	原子炉圧力 (燃料線)	1	1	原子炉圧力 (燃料線)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	
原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)			

※ 有効監視と評価しない欄は

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	SBO
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
高圧注水機能喪失 確認 (3/3)	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力 (燃料線)	2	2	原子炉圧力 (燃料線)	2	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	SBO
	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
高圧注水・減圧機能喪失確認	原子炉圧力 (S A)	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2	2	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	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2		
		原子炉圧力 (燃料線)	2	2	原子炉圧力 (燃料線)	2	2	2		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1		
		原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	SBO影響		計器数		計器名称	SBO影響		計器数		
		直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後			
代目自動注水ロジック 動作確認	原子炉冷却(SA)	1	1	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		3	3	1	0	3	3	1	1	原子炉冷却から原子炉冷却圧力監視装置の監視装置にあると 思われ、監視装置/圧力の故障から原子炉冷却圧力監視装 置より代替監視可能	
原子炉冷却(SA)	原子炉冷却(SA)	3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	
		3	3	1	0	3	3	1	1	直後に原子炉冷却圧力監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	SBO影響		計器数		計器名称	SBO影響		計器数		
		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※ (1/2)	原子炉水位 (SA広帯 域) 原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	1	0	2	2	1	1	直後に原子炉水位監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	0	2	2	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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	SBO影響		計器数		計器名称	SBO影響		計器数		
		直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後			
高圧原子炉代替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	0	1	1	1	1	直後に原子炉水位監視装置の圧力を計測すること も、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		
		2	2	1	0	1	1	1	1		

※ 有効性評価上考慮しない操作

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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	抽出バロメータ 分類	計器数	計器名称	抽出バロメータ 分類	
機動停止(緊急) (風圧注水モード) 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
	2	原子炉水位(広帯域)		3	原子炉水位(広帯域)		監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉水位(燃料域)		2	原子炉水位(燃料域)		監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉水位(燃料域)		2	原子炉水位(燃料域)		監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉圧力	3	原子炉圧力	①	3	原子炉圧力	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(燃料域)		1	原子炉圧力(燃料域)		監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(燃料域)		1	原子炉圧力(燃料域)		監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉圧力(燃料域)		1	原子炉圧力(燃料域)		監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	1	原子炉水位(SA)	①	1	原子炉水位(SA)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
機動停止(緊急)による原子炉注水	3	原子炉水位(広帯域)	①	3	原子炉水位(広帯域)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	抽出バロメータ 分類	計器数	計器名称	抽出バロメータ 分類	
高圧代替注水系による原子炉注水(2/2)	2	原子炉圧力(広帯域)	①	2	原子炉圧力(広帯域)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	

※有効性評価上考慮しない動作

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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	抽出バロメータ 分類	計器数	計器名称	抽出バロメータ 分類	
高圧代替注水系による原子炉注水	2	原子炉圧力(広帯域)	①	2	原子炉圧力(広帯域)	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	
	2	原子炉水位(燃料域)	①	2	原子炉水位(燃料域)	①	

※有効性評価上考慮しない動作

- ・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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
残留熱除去系(原子炉停止時の冷却モード)運転	3	残留熱除去系系統流量	3	サプレッション・チェンバ・プールの水位	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(広帯域)		
				原子炉水位(燃料域)		
残留熱除去系(原子炉停止時の冷却モード)運転	3	サプレッション・チェンバ・プールの温度	3	サプレッション・チェンバの温度	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉圧力		
				原子炉水位(広帯域)		
残留熱除去系系統流量	3	残留熱除去系系統流量	3	原子炉水位(広帯域)	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(燃料域)		
				原子炉水位(SA)		
残留熱除去系熱交換器入口温度	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	3	原子炉圧力	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(広帯域)		
				原子炉水位(燃料域)		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
過剰時自動減圧機能動作確認(1/2)	2	原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(広帯域)		
				原子炉水位(燃料域)		
				原子炉水位(SA)		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
				原子炉圧力		
原子炉圧力						

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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
代償自動減圧機能動作確認	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(燃料域)		
	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(広帯域)		
	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(燃料域)		
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(SA)		
	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力	監視事項は主要パワメータにて確認	監視事項は主要パワメータにて確認
				原子炉水位(SA)		

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

・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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
過渡時自動減圧機能動作確認 (2/2)	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(SA広帯域)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(SA燃料域)	1		
			高圧代替注水系統流量	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水量(常設ライン狭帯域用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン狭帯域用)	1		
			代替循環冷却系原子炉注水量	2		
			原子炉隔離時冷却系統流量	1		
			高圧炉心スプレイ系統流量	1		
			残留熱除去系統流量	3		
			低圧炉心スプレイ系統流量	1		
			原子炉圧力	2		
			サブプレッション・チェンバ圧力	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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
代替自動減圧機能動作確認	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(SA)	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	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(燃料域)	2	原子炉水位(SA燃料域)	1		
			高圧原子炉代替注水量	1		
			代替注水量(常設)	1		
			低圧原子炉代替注水量(常設)	2		
			低圧原子炉代替注水量(燃料域)	2		
			原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	1		
			高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1		
			残留熱除去ポンプ出口流量	3		
			低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1		
			真留熱除去系原子炉注水量	1		
			原子炉圧力	2		
			サブプレッション・チェンバ圧力(SA)	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

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	SDO	
高圧注水・減圧機能喪失	高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	SDO	
高圧注水・減圧機能喪失	高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失 高圧注水・減圧機能喪失	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認

・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 重大事故等対応に係る監視事項

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		
低圧中心スプレ イ系及び残熱除去 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(SA広帯 域)	1	1	1	広帯域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	1		
高圧注水・減圧機能喪失	低圧代替注水系統流量				低圧代替注水系統流量					
	低圧代替注水原子炉注 水流量(燃料域)				低圧代替注水系統原子炉注 水流量(燃料域)					
	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(広帯域)				低圧代替注水系統原子炉注 水流量(広帯域)					
	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(中間タンク用)				低圧代替注水系統原子炉注 水流量(中間タンク用)					
	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬タンク表明 域)				低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬タンク表明 域)					
	代替熱源冷却用原子炉注 水流量				代替熱源冷却用原子炉注 水流量					
	原子炉隔離時冷却系統 流量				原子炉隔離時冷却系統 流量					
	高圧中心スプレイ系統 流量				高圧中心スプレイ系統 流量					
	残熱除去系統流量				残熱除去系統流量					
	低圧中心スプレイ系統 流量				低圧中心スプレイ系統 流量					
	原子炉圧力				原子炉圧力(SA)					
	サブプレッジョン・チェン パ圧力				サブプレッジョン・チェン パ圧力					
	サブプレッジョン・プール 水位				サブプレッジョン・プール 水位					
	原子炉水位(広帯域)				原子炉水位(広帯域)					
原子炉水位(燃料域)				原子炉水位(燃料域)						
原子炉水位(SA広帯 域)				原子炉水位(SA広帯 域)						
原子炉水位(SA燃料 域)				原子炉水位(SA燃料 域)						
低圧中心スプレイ系ボ ン排出圧力				低圧中心スプレイ系ボ ン排出圧力						

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

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		
残熱除去系(低圧注水キー ード)による 原子炉注水	原子炉圧力(SA)	1	1	0	原子炉圧力	2	2	1	広帯域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(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1		
	原子炉水位(SA)	1	1	0	原子炉水位(SA)	1	1	1	監視事項は主要パラ メータにて確認	
	原子炉圧力容器温度(S A)	2	2	0	原子炉圧力容器温度(S A)	2	2	0	低圧中心スプレイ系ボンパが正常 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	

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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
低圧炉心スプレイス系及び残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(3/3)	残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	サブプレッション・プールの水位	1	1	サブプレッション・プールの水位の水位変化より、低圧炉心スプレイス系系統流量の代替監視可能
	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)運転					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	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイス系系統流量の代替監視可能
	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)停止					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	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
残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)運転	残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	サブプレッション・プールの水位	1	1	サブプレッション・プールの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(サブプレッション・プール冷却系)停止					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	崩壊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
	サブプレッション・プールの水温度	3	3	3	①	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

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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

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	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 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	サブプレッション・プールの水位	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	在機時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
		高圧原子炉代替注水量	1	1	1	高圧原子炉代替注水量(常設)	1	1	高圧原子炉代替注水量より代替監視可能
		低圧原子炉代替注水量(広帯域)	2	2	2	低圧原子炉代替注水量(広帯域)	2	2	低圧原子炉代替注水量より代替監視可能
		原子炉水位	1	1	1	原子炉水位	1	1	原子炉水位より注水量より代替監視可能
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	3	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	3	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
		サブプレッション・プールの水温度	3	3	3	サブプレッション・プールの水温度	3	3	サブプレッション・プールの水温度の変化によりサブプレッション・プールの水温度の代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	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・プールの注圧から原子炉圧力の推定可能
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)とサブプレッション・プールの注圧から原子炉圧力の推定可能
		原子炉圧力	2	2	2	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・プールの注圧から原子炉圧力の推定可能
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)とサブプレッション・プールの注圧から原子炉圧力の推定可能

・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

・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

重大事故等 発生時	抽出パナメータを注連する計器			抽出パナメータを注連する計器			計器名	抽出パナメータ 分類	抽出パナメータ 分類	計器名	抽出パナメータを注連する計器			計器名	抽出パナメータ 分類	抽出パナメータ 分類	計器名	抽出パナメータ 分類		
	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数					計器数	計器数	計器数						計器数	計器数
高圧注水・減圧機能喪失 原子炉注水	原子炉注水	高圧注水・減圧機能喪失	原子炉注水	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
				原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1
原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	原子炉注水 (S/A)	1	1	1	①	①	①	①	原子炉注水 (S/A)	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

対心注水 機回系統五系(原子炉停止時高圧注水機) 運転	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			注記		
	計器名称	計器数	負荷切り直し後 直後	バウムエータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	負荷切り直し後 直後	計器名称		計器数	負荷切り直し後 直後
2.2 高圧注水・減圧機能喪失	原子炉圧力	2	2	①	—	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	①	—	原子炉圧力 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (圧力域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	監視項目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 (SA)	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	監視項目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	2	2	原子炉圧力	2	2	監視項目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	2	2	原子炉圧力	2	2	監視項目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	2	2	原子炉圧力	2	2	監視項目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	2	2	原子炉圧力	2	2	監視項目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	2	2	原子炉圧力	2	2	監視項目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	2	2	原子炉圧力	2	2	監視項目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	2	2	原子炉圧力	2	2	監視項目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	2	2	原子炉圧力	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認	