

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	項目	抽出バロメータを計測する計器				補助バロメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後 (負荷切り直し後)	バロメータ分組理由	計器名称	計器数	直後 (負荷切り直し後)	計器故障等	
1.3.2.2 サポート系設備の対応手順 (1) 冷却材循環系 前部II (既機) 「急速減圧」 等 非常時運転手 用装置 (シビ アアラーム) ト) 「注水-1」 J AM設備別機 作手順書	電源	直後125V主幹線盤2 A電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 B電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 C電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 D電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 E電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 F電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 G電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 H電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 I電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 J電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 K電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 L電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 M電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 N電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-
	電源	直後125V主幹線盤2 O電圧	1	1	③	直後電源の受電状態を確 認するバロメータ	-	-	-	-

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	項目	抽出バロメータを計測する計器				補助バロメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後 (負荷切り直し後)	バロメータ分組理由	計器名称	計器数	直後 (負荷切り直し後)	計器故障等	
1.3.2.2 サポート系設備の対応手順 (1) 冷却材循環系 前部II (既機) 「急速減圧」 等 非常時運転手 用装置 (シビ アアラーム) ト) 「注水-1」 J AM設備別機 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	①
	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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		
		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
1. 3. 2. 2. サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 a. 非常用蒸気供給系による逃がし安全弁（自動減圧機能）駆動源確保 【非常用蒸気供給系高圧蒸気ポンプ切替え】												
非常時運転手 順書II（微候 「急減減圧」 等	制御 基礎	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-
非常時運転手 順書III（シビ アアクシデン ト） 「注水-1」	補機監視 機能	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-
AM設備別操 作手順書	操作	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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			
		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	
事故時運転手 順書（シビア アクシデン ト） 「注水-1」	原子炉格納 容器内の放 射線量率	格納容器常時監視放射線モニ タ（サブプレッシャー・チェ ンバ）	2	2	①	-	[エリア放射線モニタ]（原 子の放射線モニタの上昇より代替監視可能）	18	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
操作 4 7 4	原子炉圧力 容器内の温 度	原子炉圧力 容器内の温 度	原子炉圧力容器温度（S A）	2	2	①	原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉本体から原子炉圧力容器が断熱体層にあると 想定し、格納容器温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
							原子炉圧力（S A）	1	1	1	1	原子炉本体から原子炉圧力容器が断熱体層にあると 想定し、格納容器温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	
							原子炉本体（圧降量） 原子炉本体（燃料棒）	2	2	1	1	原子炉本体から原子炉圧力容器が断熱体層にあると 想定し、格納容器温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	
							原子炉本体（S A）	1	1	1	1	原子炉本体から原子炉圧力容器が断熱体層にあると 想定し、格納容器温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	
							格納容器上部系部交換部入口 温度	2	2	2	2	格納容器上部系部交換部入口 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】
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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器名称	計器数	直後	直後	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 b. 可搬四要素供給装置(小型)による逃がし安全弁 非同時運転手 順書II(復旧 ベース) 「急速減圧」 等 非同時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 AM設備別操 作手順書	運転監視 機能	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-
			2	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-
			2	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	直後	直後	計器数	計器名称	計器故障等	SBO	
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設蒸気発生装置系蒸気喪失時の減圧 a. 可搬型低圧電圧装置による逃がし安全弁開放 事後時操作手順書(確保 ベース) 「急速減圧」 AM設備別操作手順書 「SRV駆動確保(電 源)」	駆動線の確 保 注水手段の 確保(運転 状態)	N ₂ ガスポンプ圧力	2	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			2	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を 確認するパラメータ	-	-	-	
			1	1	0	-	-	-	-	-	-
			3	3	3	①	-	-	-	-	-
			1	1	0	①	-	-	-	-	-
			2	2	2	-	-	-	-	-	-
			2	2	2	③	蒸気ポンプの運転状態を確 認するパラメータ	-	-	-	-
			1	1	0	③	低圧輸送ポンプの運転状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			1	1	0	③	低圧輸送ポンプの運転状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-
			1	1	0	③	低圧輸送ポンプの運転状態を 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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	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
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な電源喪失時の減圧 c. 非常用逃がし安全弁駆動系による逃がし安全弁 (逃がし弁機能) 開放	非常用電源供給系供給圧力 非常用電源供給系高圧電源ポンプ圧力 駆動源の確保 非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力 非常用逃がし安全弁駆動系電源ポンプ圧力 非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力 非常用逃がし安全弁駆動系電源ポンプ圧力	2	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
非常時運転手順書II(微候「急速減圧」等) 非常時運転手順書III(シビリアクシデン b)「注水-1」 AM設備引継 作手順書	補機監視機能	2	2	2	③	逃がし安全弁の作動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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				SBO			
				計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後		負荷切り離し後	評価	
															SBO影響
非常時運転手順書II(微候「急速減圧」等) 非常時運転手順書III(シビリアクシデン「注水-1」) AM設備引継作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	-	原子炉圧力(SA)	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	-	-	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(圧降場) 原子炉圧力(燃料床)	2	2	1	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	-	-	原子炉圧力(SA)	1	1	1	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	-	-	原子炉圧力(SA)	1	1	1	2	監視事項は主要パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称		計器数	直後	直後	計器故障等	SID	
			計器数	直後		計器数	直後						
1.3.2.4 インターフェースシステムLOCA発生時の対応手順 (1) 非常時運転手順書 II (燃料ベーン)「原子炉燃料制御」	異常時運転 手順書 (燃料 ベーン)	原子炉水位 (燃料 棒)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するバロメ ータ	-	-	-	-	-	-	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	1	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認	
		原子炉水位 (燃料 棒)	2	1	①	-	-	-	-	-	-	-	-
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	①	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (広帯 域)	2	1	①	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (燃料 棒)	2	1	①	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	-	-	-	-	-	-	-	監視事項は油 出バロメータ にて確認
1.3.2.5 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	異常時運転 手順書 (燃料 ベーン)	原子炉圧力 (広帯 域)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	2	2	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (燃料 棒)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	2	2	2	2	2	2	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称		計器数	直後	直後	計器故障等	SID	
			計器数	直後		計器数	直後						
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	異常時運転 手順書 (燃料 ベーン)	原子炉圧力 (広帯 域)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2	2	2	2	2	2	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (燃料 棒)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	2	2	2	2	2	2	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃 料棒)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	1	1	監視事項は油 出バロメータ にて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
														計器故障等	SBO
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	格納容器 バイパス の監視	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 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	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 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 ポンプ吐出圧力	1	1	1	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
					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
単発的稼働要領書(微候) 「(急凍風圧) (電源復旧) AN(区域切離)操作要領書 AN(区域切離)によるS/RV排 放」 原子力災害対策手順書 緊急時安全監視開始操作(機 動降圧)」	原子炉圧力 容器内の圧 力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、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 (S/A)

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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			
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「原子炉建屋 崩倒」	原子炉水位(狭帯 域) 原子炉水位(広帯 域) 原子炉水位(燃料 域)	原子炉水位(狭帯域)	3	0	③	-	-	-	-	-	-	
		原子炉水位(広帯域)	2	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉水位(燃料域)	2	2	①	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	①	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	
	格納容器 バイパス の監視 操作(1)5)	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	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	
			原子炉圧力(燃料域)	2	1	①	2	2	1	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力(SA)	原子炉圧力	2	2	①	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力(広帯域)	2	2	①	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力(燃料域)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力(SA広帯域)	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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
					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	直後	負荷切り離し後	
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1)管理用電源系統異常時の減圧 c. 主送電送切し安全弁用電源電圧(原子炉建屋)による送切し安全弁(自動減圧機能付き)開放 事後時操作要領書(微候ベース) 「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」「(急凍凍結)」	格納容器の監視 操作(1)5)	N ₂ ガスポンプ圧力 ADS用N ₂ ガス減圧弁二次側圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	送切し安全弁の作動状態を確認するパラメータ		
			2	2	2	③	2	2	2	2	送切し安全弁の作動状態を確認するパラメータ		
		減圧弁心スプレイポンプ出口圧力 機器断熱蒸気ポンプ出口圧力	1	1	0	-	-	-	-	-	-	-	-
			3	3	①	-	-	-	-	-	-	-	-
		減圧弁心スプレイポンプ出口圧力 減圧弁心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	①	-	-	-	-	-	-	-
			2	2	2	-	-	-	-	-	-	-	-
		消火ポンプ出口圧力 排水機送水ポンプ出口圧力 RFP出口圧力	2	2	2	③	2	2	2	2	2	2	消火ポンプの運転状態を確認するパラメータ
			1	1	0	③	1	1	0	0	0	0	排水機送水ポンプの運転状態を確認するパラメータ
			1	1	0	③	1	1	0	0	0	0	排水・給水系の運転状態を確認するパラメータ
			1	1	0	③	1	1	0	0	0	0	排水・給水系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
1.3. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価					
		分類	計器名称	計器数	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		
非常時運転手 による監視 【原子炉建機 制御】	原子炉建機 制御 【原子炉建機 制御】	原子炉建機 制御 【原子炉建機 制御】	原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。		
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。	
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
					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
非常時運転手 による監視 【急冷減圧】 原子炉建機制御による監視 【急冷減圧】 原子炉建機制御による監視 【急冷減圧】	原子炉建機 制御 【急冷減圧】	原子炉建機 制御 【急冷減圧】	原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。		
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。	
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。
			原子炉建機 制御	原子炉建機 制御	1	1	1	1	1	1	1	原子炉建機制御は、原子炉建機制御による監視が可能。

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	評価			
			計器数	直後			計器数	直後		計器故障等	SBO		
												SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後
非常時運転手 手順 II (微炭 ベース) 「原子炉建屋 制御」	機械監視 機能	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	-	-	-	-	-	-	-		
		低圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	-	-	-		
		高圧炉心スプレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-	-	-	-	-		
		常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-	-	-		
		操作 (1 / 5)	水源の確保	高圧代替注水系統流量	1	1	-	-	1	1	1	サブプレッション・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレッ ション・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
				代替熱源冷却系原子炉注水流量	2	2	-	-	2	2	2		
				原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	-	-	1	1	1	1	
				高圧炉心スプレイ系統流量	3	0	-	-	3	0	0	0	
				残留熱除去系系統流量	3	0	-	-	3	0	0	0	
				低圧炉心スプレイ系統流量	1	1	-	-	1	1	1	1	
常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	①	-	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバを水源 とするポンプの吐出圧力により、 サブプレッション・プール水位が保 険されていることを監視可能				
代替熱源冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	2	2	2	2					
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	-	-	1	1	1	1					
残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	-	-	3	0	0	0					
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	-	-	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	評価	
			計器数	直後			計器数	直後		計器故障等	SBO
非常時運転手 手順 II (微炭 ベース) 「原子炉建屋 制御」	機械監視 機能	原子炉圧力	2	2	-	-	2	2	2	2	2
		原子炉圧力	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力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
		原子炉圧力	2	2	-	-	2	2	2	2	原子炉圧力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
		原子炉圧力	1	1	-	-	1	1	1	1	原子炉圧力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
		原子炉圧力	2	2	-	-	2	2	2	2	原子炉圧力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
		原子炉圧力	1	1	-	-	1	1	1	1	原子炉圧力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
		原子炉圧力	2	2	-	-	2	2	2	2	原子炉圧力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
		原子炉圧力	1	1	①	-	1	1	1	1	原子炉圧力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
		原子炉圧力	2	2	-	-	2	2	2	2	原子炉圧力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
		原子炉圧力	1	1	-	-	1	1	1	1	原子炉圧力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

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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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	分類	計測機	監視パラメータの監視項目		監視パラメータの種類	計測機	監視パラメータの監視項目		監視パラメータの種類	計測機	監視パラメータの種類	計測機		
			監視項目	監視項目			監視項目	監視項目						
1.3.3.4.1 インターフェイスシステムLOCA発生時の対応手順 (1) EOP上、緊急時対応手順 (2) 緊急時対応手順	原子炉冷却材 (燃料棒) 1 原子炉冷却材 (燃料棒)	原子炉冷却材 (燃料棒) 1 原子炉冷却材 (燃料棒)	3	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
			1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	
	原子炉冷却材 (燃料棒)	原子炉冷却材 (燃料棒)	2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
	原子炉冷却材 (燃料棒)	原子炉冷却材 (燃料棒)	2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
	原子炉冷却材 (燃料棒)	原子炉冷却材 (燃料棒)	2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
	原子炉冷却材 (燃料棒)	原子炉冷却材 (燃料棒)	2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
原子炉冷却材 (燃料棒)	原子炉冷却材 (燃料棒)	2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
		2	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	

注：監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視
監視項目は主監視パラメータにて監視

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.3. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	内容	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等				原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等				備考	
		項目名	回数	発生回率(%)	発生回数	項目名	回数	発生回率(%)	発生回数		
監視事項(注1)	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	0	2	2	0	2	① 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	7	7	0	7	7	0	7	② 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	③ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	④ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	⑤ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	3	3	0	3	3	0	3	⑥ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	24	24	0	24	24	0	24	⑦ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	6	6	0	6	6	0	6	⑧ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	18	18	0	18	18	0	18	⑨ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	⑩ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	⑪ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	⑫ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	⑬ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	⑭ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	0	1	1	0	1	⑮ 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	項目名	500kV変電所		バウンダリ		監視バウンダリ		500kV変電所		監視バウンダリ		注
		計数値	減圧	計数値	減圧	計数値	減圧	計数値	減圧	計数値	減圧	
監視項目 ①重要監視バウンダリ、②重要監視バウンダリ、③重要監視バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	①重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	②重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	③重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	④重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	⑤重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	⑥重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	⑦重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	⑧重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	⑨重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	⑩重要監視バウンダリ
監視項目 (注)	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	①重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	1	1	1	1	1	1	1	1	1	②重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	③重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	1	1	1	1	1	1	1	1	1	④重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	⑤重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	1	1	1	1	1	1	1	1	1	⑥重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	⑦重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	1	1	1	1	1	1	1	1	1	⑧重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	⑨重要監視バウンダリ
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	1	1	1	1	1	1	1	1	1	⑩重要監視バウンダリ

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	項目	島根原子力発電所2号炉の監視事項			東海第二発電所の監視事項			柏崎刈羽原子力発電所6/7号炉の監視事項					
		計測名称	計測数	原簿	自由回り監視用	バウンダリ	バウンダリ	計測名称	計測数	原簿	自由回り監視用	バウンダリ	バウンダリ
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A)	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、監視可能。
	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	1	1	1	1	①	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視	2	2	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視は、原子炉冷却材圧力バウンダリ (S A) の監視と同様に監視することにより、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

1.3 原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	内容	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等			原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等			監視項目	監視項目
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目		
1.3.1 原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等 ①原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等 ②原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等
1.3.2 原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等 ①原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等 ②原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等
		原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉格納材圧力バウンダリを減圧するための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	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				計器故障等	SBO		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響	ハアラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数			原後	負荷切り直し後
事故時操作要領書(原後) (二次機発電設備)	操作(7/8)	補機監視機	低圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	①	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により格納容器バイパスの発生を、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			残留熱除去ポンプ出口圧力	3	3	3	①	—	原子炉圧力 [エリア放射線モニタ] (原子炉建屋エリア放射線モニタ)	18	0	0	エリア放射線モニタの上昇により格納容器バイパスの発生を、監視可能
		原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力	1	1	1	—	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により格納容器バイパスの発生を、監視可能	
		高圧中心スプレイポンプ出口圧力	1	1	0	—	—	原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ] (原子炉建屋エリア放射線モニタ)	18	0	0	エリア放射線モニタの上昇により格納容器バイパスの発生を、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

・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

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	対応手段	種類	計器名称	原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		原子炉圧力バウンダリを減圧するための手順等		備考
				計器数	バウンダリ監視	計器数	バウンダリ監視	
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二次冷却回路監視)	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二次冷却回路監視)	減圧の監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器
			原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	1	1	1	1	監視対象は、原子炉冷却材圧力バウンダリ監視計器

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	対処手段	項目	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	抽出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	計器故障等
原子炉運転要領書(四巻) 1. 2 次降圧運転手順	機組監視機	機組監視機	機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認
			機組監視機	2	2	0	2	2	2	機組監視機は主要パラメータにて確認

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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																																										
		<p style="text-align: center;">第1表 重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">項目名称</th> <th colspan="3">原子炉圧力バウンダリ監視項目</th> <th colspan="3">原子炉圧力バウンダリ監視項目</th> <th rowspan="2">監視項目</th> </tr> <tr> <th>監視数</th> <th>出力出力監視</th> <th>出力出力監視</th> <th>出力出力監視</th> <th>出力出力監視</th> <th>出力出力監視</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="15">1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</td> <td rowspan="15">機器</td> <td>主冷却系圧力監視装置</td> <td>24</td> <td>24</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>100</td> </tr> <tr> <td>冷却材配管圧力監視装置</td> <td>24</td> <td>24</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>CV配管圧力監視装置</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>熱交換器圧力監視装置</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>熱交換器圧力監視装置 (A/B)</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ターボ圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ターボ圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>ターボ圧力監視装置</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>原子炉冷却材圧力監視装置</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	項目名称	原子炉圧力バウンダリ監視項目			原子炉圧力バウンダリ監視項目			監視項目	監視数	出力出力監視	出力出力監視	出力出力監視	出力出力監視	出力出力監視	1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	機器	主冷却系圧力監視装置	24	24	0	—	—	—	100	冷却材配管圧力監視装置	24	24	0	—	—	—	—	CV配管圧力監視装置	12	12	0	—	—	—	—	熱交換器圧力監視装置	6	6	0	—	—	—	—	熱交換器圧力監視装置 (A/B)	1	0	0	—	—	—	—	ターボ圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	ターボ圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	ターボ圧力監視装置	2	0	0	—	—	—	—	原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎 6/7, 東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
項目	分類	項目名称				原子炉圧力バウンダリ監視項目			原子炉圧力バウンダリ監視項目				監視項目																																																																																																																																
			監視数	出力出力監視	出力出力監視	出力出力監視	出力出力監視	出力出力監視																																																																																																																																					
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	機器	主冷却系圧力監視装置	24	24	0	—	—	—	100																																																																																																																																				
		冷却材配管圧力監視装置	24	24	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		CV配管圧力監視装置	12	12	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		熱交換器圧力監視装置	6	6	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		熱交換器圧力監視装置 (A/B)	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		ターボ圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		ターボ圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		ターボ圧力監視装置	2	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				
		原子炉冷却材圧力監視装置	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																				

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	監視名称	原子炉圧力バウンダリ監視項目		原子炉圧力バウンダリ監視項目		原子炉圧力バウンダリ監視項目		原子炉圧力バウンダリ監視項目	
			監視数	監視項目	監視数	監視項目	監視数	監視項目	監視数	監視項目
原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	圧力監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	2	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	1	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	4	4	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	6	6	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	1	1	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	4	4	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	2	2	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	1	1	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	3	3	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	1	1	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	1	1	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	1706	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視項目	5	0	0	0	0	0	0	0

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	計器数	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	計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			
原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項 (注1) 監視項目は、監視項目表(注2)に示す。	原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項 (注1) 監視項目は、監視項目表(注2)に示す。	原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	計器数	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	計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			
原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項 (注1) 監視項目は、監視項目表(注2)に示す。	原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項 (注1) 監視項目は、監視項目表(注2)に示す。	原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	計器数	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	計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			
原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項 (注1) 監視項目は、監視項目表(注2)に示す。	原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項 (注1) 監視項目は、監視項目表(注2)に示す。	原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力バウンダリ低圧時の監視事項	1	1	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	原子炉圧力 力降下への 注水	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(SA)	1	1	水漏れによる低圧代替注水流量(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3	①	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	3	3	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	原子炉圧力 力降下への 注水	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(SA)	1	1	水漏れによる低圧代替注水流量(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3	①	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	3	3	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	原子炉圧力 力降下への 注水	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(SA)	1	1	水漏れによる低圧代替注水流量(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3	①	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	3	3	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	原子炉圧力 力降下への 注水	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(SA)	1	1	水漏れによる低圧代替注水流量(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3	①	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	3	3	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	水源の確保	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3	①	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	3	3	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	水源の確保	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(SA)	1	1	水漏れによる低圧代替注水流量(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3	①	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	3	3	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	電源	SAロードセンター母線電圧	1	1	③	SAロードセンターの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	—	—
			1	1	③	SAロードセンターの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	—	—
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	水源の確保	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3	①	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	3	3	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	
異常時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM設備別操作手順書 [注水]	水源の確保	低圧代替注水流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	①	低圧代替注水流量(SA)	1	1	水漏れによる低圧代替注水流量(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			3	3	①	低圧代替注水流量(ORR A系代 替注水流量)	3	3	燃料供給停止に必要な水量と原子炉水位の変化より 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
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
		計器名称	計器数	備考	計器名称	計器数	備考		
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(復旧ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力の水位	【原子炉冷却材(燃料槽)】 【原子炉冷却材(燃料槽)】 【原子炉冷却材(燃料槽)】	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	備考	計器名称	計器数	備考		
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(復旧ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	【原子炉格納容器】 【原子炉格納容器】 【原子炉格納容器】	原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉格納容器内の圧力	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	備考	計器名称	計器数	備考		
対応手段 事故時操作手順書(復旧ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書(F.P.E.S.K(常設))による原子炉注水	原子炉冷却材圧力容器内の圧力	【原子炉冷却材(燃料槽)】 【原子炉冷却材(燃料槽)】 【原子炉冷却材(燃料槽)】	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認
			原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉冷却材(燃料槽)の水位	1	監視事項は主としてSBOにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SDO
			計器数	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類		
事故時運転操作手順 【水位確保】等 AM設備別操作手順書 FLISR (常設) による 原子炉注水	補機監視機能 ポンプ吐出圧力	原子炉注水 ポンプ吐出圧力	1	0	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	
			1	0		1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SDO
			計器数	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類		
事故時運転操作手順 【水位確保】等 AM設備別操作手順書 FLISR (常設) による 原子炉注水	補機監視機能 ポンプ吐出圧力	原子炉注水 ポンプ吐出圧力	2	2	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1
			1	1		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：重要監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SDO
			計器数	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類		
事故時運転操作手順 【水位確保】等 AM設備別操作手順書 FLISR (常設) による 原子炉注水	補機監視機能 ポンプ吐出圧力	原子炉注水 ポンプ吐出圧力	2	2	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1
			1	1		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	

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数			SBO影響		
								直後	直後	
起動時運転操作手順書 (巻取べん) 「水位確保」等 AM 設備別操作手順書 「炉火ポンプによる原 子炉注水」	原子炉圧 力容器内 の注水量	復水補給水流量 (RWA A 系代 替注水流量)	1	1	1	①		1	1	水源である復水行減積水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主部パ ラメータにて確認
		復水補給水流量 (RWA B 系代 替注水流量)	1	1	1	①		1	1	炉熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能 監視事項は主部パ ラメータにて確認
予備監視 機能	ダイゼン/駆動ポンプ吐 出力					③				監視事項は主部パ ラメータにて確認
水の確保 機能	「緊急時対策本部」に確認					③				
	「緊急時対策本部」に確認					③				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 補助パラメータ 分類理由	SBO影響		評価	
		分類	計器名称	計器数	計器数		SBO影響			
							直後	直後		負荷切り離し後
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) フロントライン系故障時の対応手順 a. 低圧代替注水 (b) 低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (凉水/海水)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	0	③			原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	
		原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	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
非常時運転手 順書 II (機検 「水位確保」 等)		原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	2	2	2	1	①	①	監視事項は主部パ ラメータにて確認
非常時運転手 順書 III (シビ アアクシオン 「注水-1」 等)		原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	2	2	2	1	①	①	監視事項は主部パ ラメータにて確認
AM設備別操 作手順書		原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	2	2	2	1	①	①	監視事項は主部パ 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	SBO影響		抽出パラメータ 補助パラメータ 分類理由	SBO影響		評価
		分類	計器名称	計器数	計器数		SBO影響			SBO影響		
							直後	直後		負荷切り離し後	負荷切り離し後	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) フロントライン系故障時の対応手順 a. 低圧代替注水 (b) 低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	0	③						原子炉の水位を 確認するパラメ ータ
		原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	2	1	①	①			
非常時運転操作手順書 (巻取べん) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「炉火ポンプによる原 子炉注水」		原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	2	2	2	1	①	①			監視事項は主部パ ラメータにて確認
		原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	2	2	2	1	①	①			監視事項は主部パ ラメータにて確認
		原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	2	2	2	1	①	①			監視事項は主部パ ラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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	
				計器数	計器名称			計器数	計器故障等		
事故時運転手順書 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水) RR(O)による原子炉作 業 (2 / 2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	①	残留熱除去系系統流量 (A, B系のみ)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉水位	水源であるサブプレッショ ン・チェンバ・プール水 位の変化により代替監視可能 残留熱除去系系統流量と原子炉水位の変化により 代替監視可能
				2	1	1	1	1	1	1	1
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A, B系のみ)	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A, B系のみ)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	-	サブプレッジョン・チェンバ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サブプレッ ジョン・チェンバ・プール水位の代替監視可能
				2	1	1	1	1	1	1	1
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	サブプレッジョン・チェンバ・ プール水位	①	サブプレッジョン・チェンバ・ プール水位	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	サブプレッジョン・チェンバを水源とする系統の注水量より サブプレッジョン・チェンバ・プール水位の代替監視可能	
				1	1	1	1	1	1	1	1
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「注水-1」 等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉圧 力容器内 の水位	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	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	
				2	2	2	2	2	2	2	2
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「注水-1」 等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉圧 力容器内 の水位	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	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	
				2	2	2	2	2	2	2	2

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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
				計器数	計器名称			計器数	計器故障等	
事故時運転手順書 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	③	原子炉水位(狭帯 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	-
				3	0	0	0	0	0	0
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「注水-1」 等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉水位(燃料 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	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
				2	1	1	1	1	1	1
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「注水-1」 等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉水位(燃料 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	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
				2	2	2	2	2	2	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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
				計器数	計器名称			計器数	計器故障等	
事故時運転手順書 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	③	原子炉水位(狭帯 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	-
				3	0	0	0	0	0	0
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「注水-1」 等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉水位(燃料 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	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
				2	1	1	1	1	1	1
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「注水-1」 等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉水位(燃料 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	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
				2	2	2	2	2	2	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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
				計器数	計器名称			計器数	計器故障等	
事故時運転手順書 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	③	原子炉水位(燃料 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	-
				3	0	0	0	0	0	0
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「注水-1」 等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉水位(燃料 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	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
				2	1	1	1	1	1	1
AM設置別操作手順書 (操作ベース) 「注水-1」 等 AM設置別操作手順書 (RR(A)による原子炉 注水)	原子炉圧 力容器内 の水位	①	原子炉水位(燃料 域)	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	①	-	直後	区分Ⅰ直流電源 を起動した場合	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
				2	2	2	2	2	2	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視事項, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視事項, 評価.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視事項, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視事項, 評価.

①: 重要監視パラメータ, 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 対処手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視事項, 計器名称, 計器数, SBO影響, 監視事項, 評価.

・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
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	区画 I 直流電源 を延命した場合		計器数	区画 II 直流電源 を延命した場合			計器数	計器故障等		
非常時運転手順書 (シリアリアクション) 【FPI 制御】 M 設備操作手順書 【MFC による原子炉 注水】	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水供給水系統量(0R A系代 替注水量)	1	1	①	1	1	1	復水供給水系統量(0R A系代 替注水量)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		復水供給水系統量(0R B系代 替注水量)	1	1	①	1	1	1	復水供給水系統量(0R B系代 替注水量)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
機 械 保 護 手 順 書 (2 /2)	機械監視 機能	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧	1	0	③	1	0	0	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧	1	0	—	—
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	①	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	—	—
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) フロントライン系故障時の対応手順 a. 低圧代替注水 (c) 代替循環冷却系による原子炉圧力容器への注水	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	3	0	③	3	0	0	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	3	0	—	—
		原子炉水位 (広帯 域)	3	3	①	3	3	3	原子炉水位 (広帯 域)	3	3	—	—
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	2	2	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	—	—
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	2	2	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	—	—

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	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	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	区画 I 直流電源 を延命した場合		計器数	区画 II 直流電源 を延命した場合			計器数	計器故障等		
非常時運転手 順書 II (微候 「水位確保」 等)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	①	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	—	—
非常時運転手 順書 III (シビ リアクション 「注水-1」 等)		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①	2	2	2	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	—	—
AM設備別操 作手順書		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	2	2	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	—	—
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	2	2	2	原子炉水位 (燃料 域)	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

対応手段	項目	分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
						計器数	区画 I 直流電源 を延命した場合			計器数	区画 II 直流電源 を延命した場合		
非常時運転手順書 (シリアリアクション) 【FPI 制御】 M 設備操作手順書 【MFC による原子炉 注水】	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水供給水系統量(0R A系代 替注水量)	1	1	①	1	1	1	復水供給水系統量(0R A系代 替注水量)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
		復水供給水系統量(0R B系代 替注水量)	1	1	①	1	1	1	復水供給水系統量(0R B系代 替注水量)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
機 械 保 護 手 順 書 (2 /2)	機械監視 機能	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧	1	0	③	1	0	0	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧	1	0	—	—
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	①	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	—	—
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) フロントライン系故障時の対応手順 a. 低圧代替注水 (c) 代替循環冷却系による原子炉圧力容器への注水	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	3	0	③	3	0	0	原子炉水位 (S.A.燃料 域)	3	0	—	—
		原子炉水位 (広帯 域)	3	3	①	3	3	3	原子炉水位 (広帯 域)	3	3	—	—
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	2	2	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	—	—
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	2	2	2	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	—	—

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 監視名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 評価. Lists monitoring items for the cooling procedure during low pressure conditions.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 監視名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 評価. Lists monitoring items for the cooling procedure during low pressure conditions, including detailed parameter extraction.

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 監視名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 評価. Lists monitoring items for the cooling procedure during low pressure conditions, including detailed parameter extraction.

・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
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		項目	抽出パラメータ分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等		SBO
				計器数	直接				計器数	直接	計器数	直接	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「BVP制御」 AM設備別操作手順書 「炉火ポンプによる原子炉注水」	操作 (2 / 2)	原子炉圧力容器への注水量	復水供給水系統量(ORR A系代替注水流量) 復水供給水系統量(ORR B系代替注水流量)	1 1	1 1	①	—	復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 復水貯蔵槽水位(SA)	1 3 2 1 1	1 1 1 1 1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能 明瞭解除後に必要な水量と原子炉水位の変化により代替監視可能 水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代替監視可能 明瞭解除後に必要な水量と原子炉水位の変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	抽油監視機能	ディーゼル駆動消火ポンプ吐出力	ディーゼル駆動消火ポンプの運転状態を確認するパラメータ	1	1	③	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 復水貯蔵槽水位(SA)	3 2 1 1	1 1 1 1	—	—	
	監視機能	水源の低下	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	1	1	③	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 復水貯蔵槽水位(SA)	3 2 1 1	1 1 1 1	—	—	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータ	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		抽出パラメータ	計器故障等	SBO
				計器数	直接			計器数	直接			計器数	直接		計器数	直接			
対応手段 非常時運転操作手順書(ORR A系代替注水流量) 非常時運転操作手順書(ORR B系代替注水流量)	操作 (3 / 3)	原子炉圧力容器への注水量	復水供給水系統量(ORR A系代替注水流量) 復水供給水系統量(ORR B系代替注水流量)	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) 復水貯蔵槽水位(SA)	1 3 2 1 1	1 1 1 1 1	—	—	—	—	—	—	—	—	—
	抽油監視機能	ディーゼル駆動消火ポンプ吐出力	ディーゼル駆動消火ポンプの運転状態を確認するパラメータ	1	1	③	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 復水貯蔵槽水位(SA)	3 2 1 1	1 1 1 1	—	—	—	—	—	—	—	—	
	監視機能	水源の低下	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	1	1	③	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 復水貯蔵槽水位(SA)	3 2 1 1	1 1 1 1	—	—	—	—	—	—	—	—	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータ	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		抽出パラメータ	計器故障等	SBO
				計器数	直接			計器数	直接			計器数	直接		計器数	直接			
対応手段 非常時運転操作手順書(ORR A系代替注水流量) 非常時運転操作手順書(ORR B系代替注水流量) AM設備別操作手順書 「炉火ポンプによる原子炉注水」	操作 (1 / 1)	原子炉圧力容器への注水量	復水供給水系統量(ORR A系代替注水流量) 復水供給水系統量(ORR B系代替注水流量)	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) 復水貯蔵槽水位(SA)	1 3 2 1 1	1 1 1 1 1	—	—	—	—	—	—	—	—	
	抽油監視機能	ディーゼル駆動消火ポンプ吐出力	ディーゼル駆動消火ポンプの運転状態を確認するパラメータ	1	1	③	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 復水貯蔵槽水位(SA)	3 2 1 1	1 1 1 1	—	—	—	—	—	—	—	—	
	監視機能	水源の低下	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	1	1	③	—	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 復水貯蔵槽水位(SA)	3 2 1 1	1 1 1 1	—	—	—	—	—	—	—	—	

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

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	直後	
緊急時運転手手順 (シニアアシスタント) 「炉内監視」 異常時運転手手順 「前線による原子炉 注水」 多量なバスタード対応手 手順 「前線による注水 (原子炉注水)」	原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA) 原子炉注水(SA)	原子炉注水(SA)	1	1	原子炉注水(SA)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	原子炉注水(SA) (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (1) フロントライン系高圧時の対応手順 a. 低圧代特注水 (d) 消火系による原子炉圧力容器への注水 非常時運転手 手順Ⅱ (燃料 「水位確保」 等 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアシスタント 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却)	原子炉水位 (燃料冷却)	3	3	原子炉水位 (燃料冷却)	3	3	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
非常時運転手手順 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「注水」(「注水」) 原子炉注水(SA) (燃料冷却) 原子炉注水(SA) (燃料冷却)	原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却) 原子炉水位 (燃料冷却)	原子炉水位 (燃料冷却)	2	2	原子炉水位 (燃料冷却)	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	原子炉水位 (燃料冷却)	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	

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

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器数	計器名称	補測バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント [SBO]参照) AM設備別機中要領書 「事故時による原子炉 注水」 多量なベーパーが対応手 続 「事故時による注水 (原子炉注水)」	原子炉内 冷却材の 圧力	1	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	監視時に原子炉内圧力(SI)を計測すること は、監視可能 監視時は主要な バロメータにて確認
		2	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	1
判 断 基 準 (2 / 2)	電源	1	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	監視時に原子炉内圧力(SI)を計測すること は、監視可能 監視時は主要な バロメータにて確認
		2	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器数	計器名称	補測バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (「水位確保」等) AM設備別機中要領書 「事故時による注水」 多量なベーパーが対応手 続 「事故時による注水 (原子炉注水)」	電源	1	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	監視時に原子炉内圧力(SI)を計測すること は、監視可能 監視時は主要な バロメータにて確認
		2	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	1
判 断 基 準 (2 / 2)	電源	1	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	監視時に原子炉内圧力(SI)を計測すること は、監視可能 監視時は主要な バロメータにて確認
		2	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器数	計器名称	補測バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (「水位確保」等) AM設備別機中要領書 「事故時による注水」 多量なベーパーが対応手 続 「事故時による注水 (原子炉注水)」	電源	1	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	監視時に原子炉内圧力(SI)を計測すること は、監視可能 監視時は主要な バロメータにて確認
		2	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	1
判 断 基 準 (3 / 3)	電源	1	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	監視時に原子炉内圧力(SI)を計測すること は、監視可能 監視時は主要な バロメータにて確認
		2	原子炉内圧力(SI)	①	1	原子炉内圧力(SI)	1	1	1	1

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

重大事故等対処に係る監視事項
1.4. 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
事故時運転手 手順書(運転員) AM設備別操作手順書 [注水] 多線心バースト対応手 手順書による注水 (原子炉圧力)	1 / 2	【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	監視事項は主要バ ルブメータにて確認
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4. 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータを計測する計器	評価	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
事故時運転手 手順書(運転員) AM設備別操作手順書 [注水-1] AM設備別操 作手順書	1 / 2	【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(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	監視事項は主要バ ルブメータにて確認
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4. 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータを計測する計器	評価	SBO
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
事故時運転手 手順書(運転員) AM設備別操作手順書 [注水] 多線心バースト対応手 手順書による注水 (原子炉圧力)	1 / 2	【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】	原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	監視事項は主要バ ルブメータにて確認
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること できず、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
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
事故時運転操作手順書 (シリアリアクティバシオン) 「BPP制御」 AM設備別操作手順書 「消防車による原子炉 注水」 多岐なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉注水)」	原子炉圧 力容器内 の注水量	復水補給水系統量(OR A系代 替注水流量)	1	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	
		復水補給水系統量(OR B系代 替注水流量)	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	明確熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化よりラ ンダムにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
種類監視 機能	可搬型代替注水ポンプ出力 力							
水源の確 保	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
非常時運転手 順書II(敬候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III(シビ リアクティベン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(SA広 帯域)	1	1	原子炉水位(広帯域)	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(SA燃 料域)	1	1	原子炉水位(燃料域)	2		
		可搬型代替注水ポンプ出力 力			高圧代替注水系統流量 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(可搬型代替注水用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬型代替注水用)	1 1 1 1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と明確熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	
					代替蒸発冷却系原子炉注水流 量	2		
					原子炉隔離時冷却系系統流量	1		
					高圧炉心スプレイ系系統流量	1		
					残留熱除去系系統流量	3		
					低圧炉心スプレイ系系統流量	1		
					原子炉圧力	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
					サブプレッション・チェンバ ル	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
事故時運転操作手順書 (敬候ベース) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「消防車による原子炉 注水」 多岐なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉注水)」	原子炉圧 力容器内 の注水量	復水補給水系統量(OR A系代 替注水流量)	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	明確熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化よりラ ンダムにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		復水補給水系統量(OR B系代 替注水流量)	1	1	原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	2 1		
		可搬型代替注水ポンプ出力 力			高圧代替注水系統流量 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(可搬型代替注水用)	1 1 1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と明確熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	
					代替蒸発冷却系原子炉注水流 量	2		
					原子炉隔離時冷却系系統流量	1		
					高圧炉心スプレイ系系統流量	1		
					残留熱除去系系統流量	3		
					低圧炉心スプレイ系系統流量	1		
					原子炉圧力	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
					サブプレッション・チェンバ ル	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

重大事故等対応に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンス時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SRD
			計器数	SRD影響 区分I 直流電源 を逸脱した場合		計器数	SRD影響 区分II 直流電源 を逸脱した場合		
冷却材循環操作手順書 (図表)「SP」原子炉水位・温度 変動	原子炉圧力 容器内の 温度	原子炉圧力 容器内の 温度	2	2	①	3	3	原子炉水位から原子炉圧力容器内の水和状態にあ ると想定し、格納温度/圧力の関係から原子炉圧 力により代替監視可能	監視事項は主要バ ウンスにて確認
AM設備別操作手順書 (図表)「DRK(A)」による原子炉 降圧 「DRK(B)」による原子炉 降圧	電源	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A,B系のみ)	2	1	①	3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	
		原子炉補冷却水系統流量	2	1	①	-	-		
		残留熱除去系熱交換器入口冷 却水量(A,B系のみ)	2	1	①	-	-		
		M.C.B.電圧	1	1	①	-	-		
		M.C.B.電圧	1	1	①	-	-		
		原子炉圧力	1	1	①	-	-		
		P.V.C-1電圧	1	1	①	-	-		
		P.V.C-D-1電圧	1	1	①	-	-		
		直流125V 主母線電圧	1	1	①	-	-		
		直流125V 主母線電圧	1	1	①	-	-		
		直流125V 主母線電圧	1	1	①	-	-		
		直流125V 主母線電圧	1	1	①	-	-		

第1表 重大事故等対応に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンス時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SRD
			計器数	SRD影響 区分I 直流電源 を逸脱した場合		計器数	SRD影響 区分II 直流電源 を逸脱した場合		
原子炉水位 (S.A. 広帯域)	③		1	1	①	1	1	直液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	①		2	2	①	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は曲 出パラメータ にて確認
原子炉圧力	①		2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッジョン・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
原子炉圧力	①		2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッジョン・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	
原子炉圧力	①		2	2	①	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッジョン・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対応に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンス時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SRD
			計器数	SRD影響 区分I 直流電源 を逸脱した場合		計器数	SRD影響 区分II 直流電源 を逸脱した場合		
原子炉水位 (S.A.)			1	1		1	1	直液的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができる、監視可能	
原子炉圧力			2	2		2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	
原子炉圧力			2	2		2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッジョン・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	

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

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を発生した場合 を発生した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を発生した場合 を発生した場合		
特殊時運転作手順書 (後)は機務オペス (SP) 原子炉水位・温 度制御 AM 設備別操作手順書 「RIB(O)による原子炉 降圧」 「RIB(B)による原子炉 降圧」	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	2	2	①		3	3	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 力より代替監視可能	
		残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	2	1	①		3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
特殊時 運転作 手順書 (2)	最終ヒー トシンク の確保	残留熱除去系熱交換器出口温 度(A, B系のみ)	2	2			2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換器ユニッ トの熱交換量計算より代替監視可能	
		残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B系のみ)	2	1	①		2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
AM設備別操作 手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉圧力容器水位	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	
		原子炉圧力容器水位 (狭帯 域)	3	3	③		1	1		
AM設備別操作 手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器水位 (広帯 域)	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 注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
		原子炉圧力容器水位 (燃料 域)	2	2	① ①		2	2		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	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 (機務 オペス) 等 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	③		1	1		
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2			1	1		
非常時運転手 順書 III (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器水位 (燃料 域)	2	2	① ①		2	2		
		原子炉圧力容器水位 (広帯 域)	2	2			1	1		
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器水位 (燃料 域)	2	2	① ①		2	2		
		原子炉圧力容器水位 (広帯 域)	2	2			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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	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		
特殊時運転作手順書 (機 務オペス) 等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「RIB(O)による原子炉 降圧」	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器水位 (燃料 域)	2	2	①		2	2		
		原子炉圧力容器水位 (広帯 域)	2	2			1	1		
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器水位 (燃料 域)	2	2	① ①		2	2		
		原子炉圧力容器水位 (広帯 域)	2	2			1	1		
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器水位 (燃料 域)	2	2	① ①		2	2		
		原子炉圧力容器水位 (広帯 域)	2	2			1	1		

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

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ		項目	計器名称	抽出パラメータ		評価
			計器数	抽出パラメータ			計器数	抽出パラメータ	
1.4.4.3 重大事故等対処監視(注)は、抽出パラメータの代替パラメータを用いて計測すること	異常発生	原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	計器数	抽出パラメータ	計器数	抽出パラメータ	SBO評価	抽出パラメータ	原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等
			直後	負荷切離後	直後	負荷切離後	計器故障等	計器故障等	
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	4	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	3	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	2	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等							
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等							
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等							
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等							
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等							
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等							
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ		項目	計器名称	抽出パラメータ		評価
			計器数	抽出パラメータ			計器数	抽出パラメータ	
対芯手段	異常発生	SBO故障等	計器数	抽出パラメータ	計器数	抽出パラメータ	SBO故障等	抽出パラメータ	計器故障等
			直後	負荷切離後	直後	負荷切離後	計器故障等	計器故障等	
非常時運転手 順書II(等候 ベース) 「水位確保」 等		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	2	0	2	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
非常時運転手 順書III(シンビ アックシデ ント) 「注水-1」 等		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	2	0	2	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
AM設備別操 作手順書		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること

①：重要監視パラメータ、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
1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ		項目	計器名称	抽出パラメータ		評価
			計器数	抽出パラメータ			計器数	抽出パラメータ	
対芯手段	異常発生	SBO故障等	計器数	抽出パラメータ	計器数	抽出パラメータ	SBO故障等	抽出パラメータ	計器故障等
			直後	負荷切離後	直後	負荷切離後	計器故障等	計器故障等	
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	3	0	3	0	0	0	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	0	0	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	0	1	0	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	3	3	3	3	3	3	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	1	1	1	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	2	2	2	2	2	2	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	2	2	2	2	2	2	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること
		原子炉冷却材(燃料棒)の温度(燃料棒入口温度)による炉心温度(注)の監視(注)等	1	1	1	1	1	1	異常発生時には、抽出パラメータを用いて計測すること

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
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ分類理由	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後		
対応手段 監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	4	1	-	①	4	1	核種的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	3	1			3	1	核種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		
監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能		
監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能		
監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ分類理由	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後		
対応手段 監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	核種的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	核種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		
監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能		
監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能		

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ分類理由	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後		
対応手段 監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	核種的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	核種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		
監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能		
監視時運転手 手順書「水位確保」等	【原子炉圧力容器内の水位 監視】	【原子炉水位(燃料棒)】	2	1	-	①	2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認	
		【原子炉水位(燃料棒)】	2	1			2	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料棒温度から必要となる注水量より代替監視可能		

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
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		直後	計器数	
事故時運転操作手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等	原子炉圧 力容器の 注水量	残留熱除去系統流量	3	1	①	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			3	1	①	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
機体監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	1	①	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			3	1	①	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
機体 2 2	水源の確保	サブプレッション・チェンバ ーの注水量	1	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			1	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	計器故障等	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (a) 復旧 (g) 残留熱除去系 (低圧注水系) 電源復旧後の原子炉圧力容器への注水	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	3	3	③	3	3	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
			3	3	③	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
非常時運転手 手順書II (機体 ベース)等 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	3	3	③	3	3	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
			3	3	③	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
非常時運転手 手順書III (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	3	3	③	3	3	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
			3	3	③	3	3	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
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	3	3	③	3	3	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
			3	3	③	3	3	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	計器故障等	
事故時運転操作手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	3	3	③	3	3	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
			3	3	③	3	3	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
機体監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	1	①	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			3	1	①	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
機体 2 2	水源の確保	サブプレッション・チェンバ ーの注水量	1	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			1	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 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

1.4 原子炉冷却材圧カバウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	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		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後	負荷切り離し後	直後		負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書 [機位操作] 等 事故時運転操作手順書 [SFP 原子炉水位・補 給調整]	相模監視 機能	原子炉相模冷却水高系統流量 計器	3	1	1	①	-	-	-	-	-
	相模監視 機能	相模冷却水流量 計器	3	3	1	①	-	-	-	-	-
(2) (2)	判断 業務 等	M/C 電圧	1	1	1	③	非正常 M/C の受電状態を 検出するパラメータ	-	-	-	-
		M/C D 電圧	1	1	1	③	非正常 M/C の受電状態を 検出するパラメータ	-	-	-	-
		M/C E 電圧	1	1	1	③	非正常 M/C の受電状態を 検出するパラメータ	-	-	-	-
		P/C C-H 電圧	1	1	1	③	非正常 P/C の受電状態を 検出するパラメータ	-	-	-	-
		P/C E-H 電圧	1	1	1	③	非正常 P/C の受電状態を 検出するパラメータ	-	-	-	-
	電源	直流 125V 主母線 A 電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
		直流 125V 主母線 B 電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
		直流 125V 主母線 C 電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
		交流 125V 主母線 2A 電圧	1	1	1	③	交流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
		交流 125V 主母線 2B 電圧	1	1	1	③	交流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
		緊急用 交流 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	-	-	-	-

1.4 原子炉冷却材圧カバウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	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		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後	負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後		
			M/C 2 C 電圧	1	1	1		③	非正常 M/C の受電状態を 確認する パラメータ		
P/C 2 C 電圧	1	1	1	③	非正常 P/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	非正常 M/C の受電状態を 確認する パラメータ	-	-	-	-	-	
P/C 2 D 電圧	1	1	1	③	非正常 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 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 P/C の受電状態を 確認する パラメータ	-	-	-	-	-	
直流 125V 主母線 2A 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	
直流 125V 主母線 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 交流 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

1.4 原子炉冷却材圧カバウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	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		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	
			計器数	直後	負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後			
			原子炉圧力容器 内の圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1		1	①			-
機 作 作 1 /	A 1 機位確保 B 1 機位確保	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を計測すること で、監視可能	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて監視	
			2	2	2	2	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて監視
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
機 作 作 4 /	A 1 機位確保 B 1 機位確保	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を計測すること で、監視可能	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて監視	
			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
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
非常時運転操作手順書 (運転ベーク)上 「低圧冷却」等 非常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク) (SFP 原子炉水位・温度制御)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力 (SA)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度状態を想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度状態を想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	残留熱除去系熱交換器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度より代替監視可能	
	残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器出口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器出口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器出口温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器出口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器出口温度より代替監視可能	
	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器入口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器出口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器出口温度より代替監視可能	
原子炉補機冷却水系統流量	原子炉補機冷却水系統流量	3	3	原子炉補機冷却水系統流量	3	3	原子炉補機冷却水系統流量より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉補機冷却水系統流量	3	3	原子炉補機冷却水系統流量	3	3	原子炉補機冷却水系統流量より代替監視可能		
原子炉補機冷却水系統入口温度	原子炉補機冷却水系統入口温度	3	3	原子炉補機冷却水系統入口温度	3	3	原子炉補機冷却水系統入口温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉補機冷却水系統入口温度	3	3	原子炉補機冷却水系統入口温度	3	3	原子炉補機冷却水系統入口温度より代替監視可能		
原子炉補機冷却水系統出口温度	原子炉補機冷却水系統出口温度	3	3	原子炉補機冷却水系統出口温度	3	3	原子炉補機冷却水系統出口温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉補機冷却水系統出口温度	3	3	原子炉補機冷却水系統出口温度	3	3	原子炉補機冷却水系統出口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
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
非常時運転操作手順書 II (運転ベーク)等 「水位確保」等 非常時運転操作手順書 III (シビアアクシデント)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	-	
	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能		
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)より代替監視可能	-	
	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料棒)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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	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	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
非常時運転操作手順書 (運転ベーク)上 「低圧冷却」等 非常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク) (SFP 原子炉水位・温度制御)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	-
		原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	-	
	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能		
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)より代替監視可能	-	
	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)	3	3	原子炉水位 (燃料棒)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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		バラムメータ		補助バラムメータ		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	SDI影響 直後 負荷切り直し後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類	計器数	SDI影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数		SDI影響 直後 負荷切り直し後
非常時運転手 による監視 （監視員）等 （水圧監視）等 AVI監視機動作監視 （注水）による原子炉注 水	原子炉圧 力容器へ の注水量	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、残留熱除去系系統流 量の代替監視可能
	補機監視 機	3	0	0	-			原子炉圧 力容器へ の注水量 （燃料棒） 原子炉圧 力容器へ の注水量 （SA圧降機） 原子炉圧 力容器へ の注水量 （SA燃降機） 残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2 2 1 1 3	2 2 1 1 0	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 残留熱除去系ポンプ圧正室で動作 し、圧力上昇を監視することによ り代替監視可能
操作 （3 / 3）	水源の備 係	1	1	1	①			高圧代替注水系統流量	1	1	サブプレッショ ン・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレ ッショ ン・プールの水位の代替監視可 能
	AM設備別操 作手順書	1	1	1	-			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力 高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	2 2 1 1 3 1 1 0 0	2 2 1 1 0 0 0 0	サブプレッショ ン・チェンバを水源 とするポンプの吐出圧力により、 サブプレッショ ン・プールの水位が保 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器		バラムメータ		補助バラムメータ		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	SDI影響 直後 負荷切り直し後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類	計器数	SDI影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数		SDI影響 直後 負荷切り直し後
非常時運転手 による監視 （監視員）等 （水圧監視）等 AVI監視機動作監視 （注水）による原子炉注 水	原子炉圧 力容器へ の注水量	2	2	2				高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	2	高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力 の注水量を計測すること により、監視可能
	補機監視 機	1	1	1	①			高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力 代替注水流量（建設） 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力 高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1 1 2 2 3 1 1 0 0	1 1 2 2 0 0 0	高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力 の注水量より、高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力 の注水量を計測すること により、監視可能 高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力 の注水量より、高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力 の注水量を計測すること により、監視可能 高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力 の注水量より、高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力 の注水量を計測すること により、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

1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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		
		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
					直後	負荷切り履した後				
対峙手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベ 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シレ ブ 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧力 力容器内の 水位 判 断 蒸 気 量 (2 / 4)	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力容器へ注水して 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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	1		
			低圧代替注水系系統流量	1	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	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	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1		
			代替種除冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2		
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1		
高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	0					
残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0					
低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	0					
原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ ル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 ル	1	1	1	1	1					
残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-					
緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交 換器)	1	1	1	-	-					
緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 機)	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

1.4 原子炉冷却材圧力パウンドリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響
					直後	負荷切り履した後			
対峙手段 事故時運転手 順書Ⅱ(微候 ベ 「水位確保」 等 AM設備別機 作手順書 LPCSによる原子炉 注水	原子炉圧力 力容器内の 水位 機 作 手 順 書 1 / 4	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	0	0	原子炉圧力容器へ注水して 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	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	2	0	0	0	
			低圧代替注水系系統流量	1	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	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	1	
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2	2	2	2	2	
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	
			代替種除冷却系原子炉注水流 量	1	0	0	0	0	
			原子炉隔離時冷却系系統流 量	3	0	0	0	0	
			高圧炉心スプレイ系統流 量	1	0	0	0	0	
残留熱除去系系統流 量	1	0	0	0	0				
低圧炉心スプレイ系統流 量	1	0	0	0	0				
原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバルの差圧から 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 ル	2	2	2	2	2				

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価			
		計器名称	計器数	直後	計器故障等			計器故障等	SBO		
対応手段 運転時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクトシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	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	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		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	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		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	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		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	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO

①：重要監視パラメータ，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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		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			計器故障等	計器故障等	SBO		
対応手段 運転時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクトシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	原子炉水位 (伝導型) 原子炉水位 (静電型)	2	2	①	原子炉水位 (伝導型) 原子炉水位 (静電型)	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		減圧原子炉代替排水系統	1	1	①							
		代替排水系統 (管設)	1	1	①							
		原子炉原子炉代替排水系統 (換電機)	2	2	②							
		原子炉原子炉代替排水系統 の受電	1	1	①							
		減圧原子炉代替排水系統 の受電	1	1	①							
		換電機代替排水系統の受電 の受電	3	3	②							
		原子炉原子炉代替排水系統 の受電	1	1	①							
		減圧原子炉代替排水系統 の受電	1	1	①							
		換電機代替排水系統の受電 の受電	3	3	②							
		原子炉原子炉代替排水系統 の受電	1	1	①							
		減圧原子炉代替排水系統 の受電	1	1	①							
		換電機代替排水系統の受電 の受電	3	3	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	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
対峙手段 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Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	分類	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	高圧代替注水系統流量	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレッ ジョン・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	高圧代替注水系統流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	1	1		
	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		
	高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	高圧炉心スプレイ系系統流量	3	0		
	残留熱除去系系統流量	1	0	残留熱除去系系統流量	1	0		
	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	1	低圧炉心スプレイ系系統流量	1	1		
	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1		
	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吐出 圧力	1	0		
	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	3	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	3	0		
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	1	0			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	項目	分類	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 分類理由	評価		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					
項目 3 / 1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	1	1	-	0	-	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等			
									高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力
									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吐出圧力
									高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力
									残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力
									低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力
									常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力
									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吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力
									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吐出圧力
									高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	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
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)等 注水-1J AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を確保するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	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	-
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	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
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)等 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)等 注水-1J AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を確保するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	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	-
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水流量と排熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後		
非常時運転手 検査員 (検査 員) (水位確保) 等 非常時運転手 アウトレンジ (「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1 1	1 1	① ①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	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 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後		
1.4.1. 島根原子力発電所 (2018.9.18版) a. 柏崎刈羽原子力発電所 (2017.12.20版) b. 東海第二原子力発電所 (2018.9.18版) c. 島根原子力発電所 (2018.9.18版) d. 高浜原子力発電所 (2018.9.18版) e. 美浜原子力発電所 (2018.9.18版) f. 大飯原子力発電所 (2018.9.18版) g. 志布志原子力発電所 (2018.9.18版) h. 川内原子力発電所 (2018.9.18版) i. 新庄原子力発電所 (2018.9.18版) j. 三浦原子力発電所 (2018.9.18版) k. 大飯原子力発電所 (2018.9.18版) l. 志布志原子力発電所 (2018.9.18版) m. 川内原子力発電所 (2018.9.18版) n. 新庄原子力発電所 (2018.9.18版) o. 三浦原子力発電所 (2018.9.18版)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1 1	1 1	① ①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	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 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後
非常時運転手 手順Ⅱ(微検 ベント) 等 「水位確保」 等 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウシデン ト) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	1	0	①	-	1	サブプレッション・プール水位の本 位変化より、低圧炉心スプレ イ系流量の代替監視可能 崩壊熱除去に必要な注水量と原子 炉水位の変化より、低圧炉心スプレ イ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
	補機監視 機能	1	0	-	-	0	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力 - - -
水源の確 保 (3 / 3)	高圧代替注水系系統流量	1	1			1	サブプレッション・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視可 能
	代替補機冷却系原子炉注水流	2	2			2	
	原子炉隔離時冷却系系統流	1	1			1	
	高圧炉心スプレイ系系統流	1	0			0	
	残留熱除去系系統流	3	0			0	
	低圧炉心スプレイ系系統流	1	0			0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	①	-	1	サブプレッション・チェンバを水源 とするポンプの吐出圧力により、 サブプレッション・プール水位が確 保されていることを監視可能	
代替補機冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2			2		
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1			1		
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0			0		
残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0			0		
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0			0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	
監視対象 項目 (注水-1)等 AM設備別操作手順書 (注水-1)による 原子炉注水)	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	2	2	①	-	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			2	2	2	2	2	2	
監視対象 項目 (注水-1)等 AM設備別操作手順書 (注水-1)による 原子炉注水)	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	1			1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1			1		
			2	2			2	2	
			1	1			1	1	
			1	1			1	1	
			3	0			0	0	
			1	0			0	0	
			1	1			1	1	
			2	2			2	2	
			1	1			1	1	
			3	0			0	0	
			2	2			2	2	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
			計器名称	計器数	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			
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶解炉心が原子炉压力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 a. (g) 低圧代替注水系(常設)による残存溶解炉心の冷却 非常時運転手 順書III(シビ ブ)ア 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	0	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	—	—	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(広帯域)	2	2	1	1	—	—	—	—		原子炉压力容器へ注水している系 統の注水流量と閉塞熱除去に必要な 水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
			原子炉水位(燃料域)	2	2	1	1	—	—	—	—		—	
			原子炉水位(燃料域)	2	2	1	1	—	—	—	—		—	
			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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	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		
事故時操作手順書(シビブ アクシデント) 等 「注水-4」等 AM設備別操作手順書 FELSR(常設)による 原子炉圧力	原子炉圧力容 器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	監視事項は主要パラ メータにて確認	
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	1	1	—	—	—	—	—	—
			原子炉圧力	2	2	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	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	計器名称	バラムメータ分類	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 アラート アラート 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水	原子炉水位 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 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) 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) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	2 2 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 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 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と貯留熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 出バラムメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納 容器下部水温	10	原子炉格納容器下部水温	10	10	-
	電源	緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧	1	1	-
		緊急用P/C電圧	1	緊急用P/C電圧	1	1	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	-

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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	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	計器名称	バラムメータ分類	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 アラート アラート 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の温度	原子炉格納容器 下部水温	2	原子炉格納容器下部水温	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能
	電源	緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧	1	1	-
		緊急用P/C電圧	1	緊急用P/C電圧	1	1	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	-
	原子炉格納 容器内の温度	原子炉格納容器 下部水温	2	原子炉格納容器下部水温	2	2	-
		サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	7	サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	7	7	監視可能
		サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	2	監視可能
		サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	2	監視可能
		サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	2	監視可能
		サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	2	監視可能
サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)		2	サブプレッション・チェンバ ー温度 (SA)	2	2	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
	計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書III (シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書 判断基準 (3 / 3)	水源の確 保	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	SBO
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン兼帯域用)	1	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
				低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン兼帯域用)	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	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						
サブレンジション・プール水位	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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			
				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III (シビ アアクシデン ト) 「注水-4」等 AM設備別操 作手順書 判断基準 (3 / 3)	電源	緊急用メタラック電圧	1	1	1	③	緊急用メタラックの変電状態 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			
		SAロードセンタ格納電圧	1	1	1	③	SAロードセンタの受電状 態を確認するパラメータ	-	-				
水源の確保	①	低圧原子炉代替注水水位	1	1	1	-	-	代替注水流量 (常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水流量を水源とする系統のうち、運 転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視 可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
								原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	
								原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	
								原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	
水源の確保	①	低圧原子炉代替注水水位	1	1	1	-	-	サブレンジション・プール水	1	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注 水水位の代替監視可能	
								SA	1	1	1		
水源の確保	①	低圧原子炉代替注水水位	2	0	0	-	-	低圧原子炉代替注水ポンプ 吐出圧力	2	0	0	低圧原子炉代替注水ポンプを水源とする低圧原子炉代替注 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シヒ アアクシデン ト) (注水-4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	—	—	—	—	—
		原子炉水位(広帯 域)	2	1	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	—
操作 (1/4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能	

①：重要監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ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		計器数	SBO影響 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シヒ アアクシデン ト) (注水-4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(燃料 域)	3	2	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(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉水位(燃料 域)	2	2	①	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	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Ⅲ(シビ アアラシシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力容器内 の水位	1	1	1	1	2	2	1	1	直務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 広帯域)	1	1	1	1	2	2	1	1	直務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)	1	1	1	1	1	1	1	1	直務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	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器数	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Ⅲ(シビ アアラシシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 力容器内 の水位	1	1	1	1	2	2	1	1	直務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 広帯域)	1	1	1	1	2	2	1	1	直務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)	1	1	1	1	1	1	1	1	直務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	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能	

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	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Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	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 (S.A)	2	2	2	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	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
操作 (3 / 4)	原子炉圧 力容器内 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	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 (常設ラ イン兼帯域用)	1	1	1	①	-	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、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 (常設ラ イン兼帯域用)	1	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	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 事故時操作手順書(シビア アクシデント) 「注水-4」等 AM設備別操作手順書 FELSR(常設)による 原子炉注水	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (S.A)	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	監視事項は主監視パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	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	監視事項は主監視パ ラメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	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	監視事項は主監視パ ラメータにて確認
操作 (3 / 4)	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	1	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	監視事項は主監視パ ラメータにて確認
		西側淡水貯水設備水位	1	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	監視事項は主監視パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	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	監視事項は主監視パ 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	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
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアラジデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	常設低圧代替注水系 ポンプ吐出圧力	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-	-
	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) 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(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン狭帯域用) 低圧代替注水系格納容器ス レイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス レイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(狭帯域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブレーション・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 2 2 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 2	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：重要監視パラメータ、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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		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 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			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
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアラジデン ト)等 AM設備別操作要領書 (F.L.S.R.(常設)による 原子炉注水)	原子炉注水 器への注水量	代替注水量(常設)	1	1	1	-	①	低圧原子炉代替注水量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	1	水源である低圧原子炉代替注水量の水位変化より 代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	補機監視機能 吐出圧力	低圧原子炉代替注水ポンプ 吐出圧力	2	2	2	-	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	常設低圧代替注水量より必要な水量と原子炉水位の変化より代替 監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 1 2 3	水部の確保	低圧原子炉代替注水ポンプ 吐出圧力	1	1	1	-	①	代替注水量(常設)	1	1	1	1	低圧原子炉代替注水量を水源とする際、監視 している系統の注水量より必要な注水量の代替監視 可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
								原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2
		サブレーション・プール水 位(SA)	1	1	1	-	-	サブレーション・プール水 位(SA)	1	1	1	1	低圧原子炉代替注水量を水源とする低圧原子炉代替注 水ポンプ吐出圧力により、低圧原子炉代替注水量 が確保されていることを監視可能
		低圧原子炉代替注水ポン プ吐出圧力	2	2	2	-	-	低圧原子炉代替注水ポン プ吐出圧力	2	2	2	2	低圧原子炉代替注水量を水源とする低圧原子炉代替注 水ポンプ吐出圧力により、低圧原子炉代替注水量 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			監視パラメータ			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶融炉心必原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 (b) 代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却 非常時運転手順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-	-	-
	原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①		原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	1	1	1	1	1	1
	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊除去に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認	1	1	1	1	1	1
	原子炉水位(燃料)	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			監視パラメータ			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶融炉心必原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 (a) 低圧代替注水 (b) 代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却 非常時運転手順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-	-	-
	原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①		原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	1	1	1	1	1	1
	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①		原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と崩壊除去に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 出パラメータ にて確認	1	1	1	1	1	1
	原子炉水位(燃料)	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	1	1	1	1
	原子炉圧力	2	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

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	抽出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	SDI影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由		計器数	SDI影響 直後 負荷切り直し後	計器名称等	評価
非常時運転手 順書(シビ アタクシデン ト) (注水-4) AM設備切換 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
原子炉水位 (S A 狭 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等			
原子炉格 納容器内 の温度	10	10	①	-	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッシャー・チェンバ ルの圧力から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-	-	-	-	
最終冷却 システム の温度	2	0	-	-	-	-	-	-	-	
緊急用M/C電圧 機器)	1	1	③	緊急用M/Cの 電圧機器を監視 するパラメータ	-	-	-	-	-	
緊急用P/C電圧 機器)	1	1	③	緊急用P/Cの 電圧機器を監視 するパラメータ	-	-	-	-	-	
緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の電圧 状態を監視する 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

監視パラメータ

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	抽出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	SDI影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由		計器数	SDI影響 直後 負荷切り直し後	計器名称等	評価
非常時運転手 順書(シビ アタクシデン ト) (注水-4) AM設備切換 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 狭 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等	
		原子炉水位 (S A 広 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	計器故障等	
原子炉水位 (S A 狭 帯域)	2	2	-	原子炉水位 (狭帯域)	2	2	計器故障等			
原子炉格 納容器内 の温度	10	10	①	-	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッシャー・チェンバ ルの圧力から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	-	-	-	-	
最終冷却 システム の温度	2	0	-	-	-	-	-	-	-	
緊急用M/C電圧 機器)	1	1	③	緊急用M/Cの 電圧機器を監視 するパラメータ	-	-	-	-	-	
緊急用P/C電圧 機器)	1	1	③	緊急用P/Cの 電圧機器を監視 するパラメータ	-	-	-	-	-	
緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の電圧 状態を監視する 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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ ブ) [注水-4] AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3 / 3)	サブプレッショ ン・プ ール水位	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	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由
						高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	サブプレッショ ン・チェンバを水 源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブプレ ッショ ン・プ ール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						代替循環冷却系原子炉注水流量	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		
						常設高圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1		
						代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1		
高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0								
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0								
低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0								

①：重要監視パラメータ，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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO													
					直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後															
														計器数	計器数											
異常時運転手 手順Ⅲ(シビ ブ) [注水-4] AM設備別操 作手順書 [CWTによる原子炉注 水]	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	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 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の燃料域状態にあると想定し、燃料温度/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)
														原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の燃料域状態にあると想定し、燃料温度/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 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の燃料域状態にあると想定し、燃料温度/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 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の燃料域状態にあると想定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SDO影響 直後	SDO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	SDO影響 直後	SDO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順番Ⅲ(シビ アアタシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位 操作(1、3)	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ 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	-	
		原子炉水位(広帯 域)	2	1	①	-	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉水位(燃料 域)	2	1	①	-	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ 水の推定可能	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ 水を推定可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	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	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO				
															計器数	計器名称	計器数	計器故障等
															原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	直後						
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶融炉心が原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 (c) 消火系による残存溶融炉心の冷却													
非常時運転手 アアグレンデン ト 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	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 (狭帯 域)					原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1				
	原子炉水位 (広帯 域)					高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 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
	原子炉圧力 容器内の水位 (1) (2)					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	直後						
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (3) 溶融炉心が原子炉圧力容器内に残存する場合の対応手順 a. 低圧代替注水 (c) 消火系による残存溶融炉心の冷却													
非常時運転手 アアグレンデン ト 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	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 (狭帯 域)					原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1				
	原子炉水位 (広帯 域)					高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 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
	原子炉圧力 容器内の水位 (1) (2)					原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	
	原子炉圧力					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	2	2	2	2	2	2	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バワンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バワメータを計測する計器			抽出バワメータの代替バワ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	
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) (注水-4) AM設備形操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A, 広 帯域) 原子炉水位 (S A, 熱 料機)	1	1	原子炉水位 (広帯域) 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	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
	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格 納容器下部水温	10	10	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェンバ の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	1	1	監視事項は抽 出バワメータ にて確認
		M/C 2 D電圧	1	1	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバワメータ	2	2	
	電源	P/C 2 D電圧	1	1	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバワメータ	1	1	
		直連切替 主母線電圧 2 B電圧	1	1	直連電源の受電 状態を確認する バワメータ	2	2	
	水漏れの検 出	原子炉圧力 容器内	1	0	代替電源の確 実状態を確認す るバワメータ	1	1	
		原子炉圧力 容器外	1	0		1	1	

①: 重要監視バワメータ、②: 有効監視バワメータ、③: 補助バワメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バワンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バワメータを計測する計器			抽出バワメータの代替バワ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	
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) (注水-4) AM設備形操 作手順書 (注水-4) AM設備形操 作手順書 (注水-4) AM設備形操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することがで き、監視可能
						原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (熱料機)	2	2	監視事項は主要バ ワメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することがで き、監視可能
						原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (熱料機)	2	2	監視事項は主要バ ワメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することがで き、監視可能
						原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (熱料機)	2	2	監視事項は主要バ ワメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することがで き、監視可能
						原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (熱料機)	2	2	監視事項は主要バ ワメータにて確認
	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することがで き、監視可能
						原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (熱料機)	2	2	監視事項は主要バ ワメータにて確認
原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することがで き、監視可能	
					原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (熱料機)	2	2	監視事項は主要バ ワメータにて確認	

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	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		
												計器故障等	計器故障等
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ブ)「注水-4」 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-		
		原子炉水位(広帯 域)(燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流 量	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 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	-	-	
		原子炉圧 力容器内 の水位	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	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		
												計器故障等	計器故障等
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ブ)「注水-4」 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-		
		原子炉水位(広帯 域)(燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流 量	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 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	-	-	
		原子炉圧 力容器内 の水位	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 ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッション・チェンバ ルの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	1	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	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	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	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	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	高圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能

①：重要監視パラメータ，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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-4」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	1	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	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	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	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	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	高圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能
		1	原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	低圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能

・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

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
非常時運転手 規程III(シビ アアラシデン ト) 「注水-4」 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	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	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流 量	残留熱除去系系統流	1	0	0	1	1	残留熱除去系系統流の注水量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	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	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	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	補機監視 機能	消火系の運転状 況	消火系の運転状	1	0	0	1	1	消火系の運転状況を監視することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		水源の確 保	水源の確保	1	0	0	1	1	水源の確保状況を監視することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
非常時運転手 規程III(シビ アアラシデン ト) 「注水-4」 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	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	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流 量	残留熱除去系系統流	1	0	0	1	1	残留熱除去系系統流の注水量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	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	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	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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を推定し、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	補機監視 機能	消火系の運転状 況	消火系の運転状	1	0	0	1	1	消火系の運転状況を監視することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		水源の確 保	水源の確保	1	0	0	1	1	水源の確保状況を監視することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・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

